

本資料のうち、枠囲みの内容は、
営業秘密又は防護上の観点から
公開できません

東海第二発電所 工事計画審査資料	
資料番号	補足-310 改9
提出年月日	平成30年8月7日

東海第二発電所

工事計画に係る説明資料

(その他発電用原子炉の附属施設のうち溢水防護に関する施設)

1. 添付書類に係る補足説明資料

「浸水防護に関する説明書」に係る添付資料(共通資料は除く)の記載内容を補足するための設営資料リストを以下に示す。

工認添付資料	補足説明資料
V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書	1. 溢水影響評価
	1.1 機能喪失高さについて
	1.2 溢水防護対象設備の選定について
	1.3 溢水影響評価対象の重大事故等対処設備の選定について
	1.4 内部溢水評価の対象について（設計基準対象施設）
	1.5 内部溢水，火災防護及び外部事象における防護対象設備の比較について（重大事故等対処設備）
	2. 没水影響評価について
	2.1 溢水源となる機器のリスト
	2.2 溢水経路のモデル図
	2.3 想定破損による没水影響評価について
	2.4 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
	2.5 想定破損により生じる没水影響評価結果（重大事故等対処設備）
	2.6 消火活動に伴う溢水について
	2.7 消火水により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
	2.8 消火水により生じる没水影響評価結果（重大事故等対処設備）
	2.9 地震に起因する溢水源リスト
	2.10 地震に起因する没水影響評価結果（設計基準対象施設）
	2.11 地震に起因する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）
	3. 被水影響評価について
	3.1 被水影響評価結果
4. 蒸気影響評価について	
4.1 蒸気影響評価に用いる環境条件について	

工認添付資料	補足説明資料
V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書	4.2 蒸気影響評価結果（設計基準対象施設）
	4.3 蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）
	5. 想定破損による溢水影響評価について
	5.1 高エネルギー配管の応力評価
	5.2 高エネルギー配管のうち低エネルギー配管に分類できる系統について
	5.3 高エネルギー配管における貫通クラックについて
	5.4 減肉等による評価について
	5.5 想定破損評価に用いる溢水量の算定について
	5.6 ターミナルエンド部防護カバーの管理について
	5.7 GOthic コードの妥当性について
	5.8 蒸気漏えい検知及び遠隔隔離システムについて
	5.9 破損配管からの蒸気噴流の影響について
	5.10 蒸気拡散解析の結果例
	5.11 蒸気曝露試験について
	5.12 蒸気漏えい量が少ない場合における影響評価
	5.13 原子炉建屋原子炉棟内における所内蒸気系配管からの蒸気漏えい対策について
	6. 消火水の放水による溢水の影響評価について
	6.1 消火水の放水による溢水に対する評価の概要について
	7. 地震起因による溢水影響評価について
	7.1 耐震B, Cクラス機器の耐震工事の内容（個別機器）
7.2 溢水防護に関する施設の耐震評価対象設備・部位の代表性及び網羅性について	
7.3 使用済燃料プール等のスロッシングによる溢水量の算出	

工認添付資料	補足説明資料
V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書	8. その他の溢水による溢水影響評価
	8.1 タービン建屋における溢水影響評価
	8.2 海水ポンプ室循環水ポンプエリアにおける溢水影響評価
	8.3 屋外タンク等の溢水による影響評価
	8.4 地下水による影響評価
	8.5 その他漏えい事象に対する確認について
	9. 全般
	9.1 溢水防護区画毎における機能喪失高さ
	9.2 ケーブルの被水影響評価について
	9.3 没水影響評価における床勾配について
	9.4 鉄筋コンクリート壁の水密性について
	9.5 浸水防護施設の止水性について
	9.6 放射性物質を含む液体の管理区域外漏えい防止対策について
	9.7 経年劣化事象と保全内容
	9.8 内部溢水影響評価における判定表
	9.9 流下開口を考慮した没水高さについて
	9.10 内部溢水影響評価における確認内容について
	9.11 内部溢水影響評価に用いる各項目の保守性と有効数字の処理について
	9.12 使用済燃料プール水のダクト流入防止対策について
	9.13 現場操作の実施可能性について
	9.14 ほう酸水漏えい等による影響について
	9.15 原子炉建屋原子炉棟 6階に関する対策・運用について
9.16 床ドレンファンネル排水における漏えいシステムの検知時間及び溢水量評価について	
9.17 原子炉建屋原子炉棟最終滞留区画における溢水発生後の復旧について	
9.18 想定破損による溢水検知のための漏えい検知器設置の考え方について	
9.19 貫通部止水処置実施箇所について	
9.20 使用済燃料プールの冷却・給水機能の維持について	
9.21 管理区域外漏えい伝播防止堰の評価方法について	

2. 別紙

- (1) 工認添付資料と設置許可まとめ資料との関係【溢水防護に関する施設】
- (2) 資料V-1-1-8の各資料と工認補足説明資料との関係【溢水防護に関する施設】

工認添付資料と設置許可まとめ資料との関係【溢水防護に関する施設】

工認添付資料		許可まとめ資料			引用内容
V-1-1-8	発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書	DB	第9条	溢水による損傷の防止等	資料そのものを概ね引用

資料V-1-1-8の各資料と工認補足説明資料との関係【溢水防護に関する施設】(1/3)

工認添付資料		工認補足説明資料	
V-1-1-8-1	溢水等による損傷防止の基本方針	—	—
V-1-1-8-2	防護すべき設備の設定	1.1	機能喪失高さについて
		1.2	溢水防護対象設備の選定について
		1.3	溢水影響評価対象の重大事故等対処設備の選定について
		1.4	内部溢水評価の対象について（設計基準対象施設）
		1.5	内部溢水、火災防護及び外部事象における防護対象設備の比較について（重大事故等対処設備）
		9.2	ケーブルの被水影響評価について
V-1-1-8-3	溢水評価条件の設定	2.1	溢水源となる機器のリスト
		2.2	溢水経路のモデル図
		2.3	想定破損による没水影響評価について
		2.6	消火活動に伴う溢水の有無について
		2.9	地震に起因する溢水源リスト
		5.1	高エネルギー配管の応力評価
		5.2	高エネルギー配管のうち低エネルギー配管に分類できる系統について
		5.3	高エネルギー配管における貫通クラックについて
		5.4	減肉等による評価について
		5.5	想定破損評価に用いる溢水量の算定について
		7.1	耐震B、Cクラス機器の耐震工事の内容（個別機器）
		7.2	溢水防護に関する施設の耐震評価対象設備・部位の代表性及び網羅性について
		9.3	没水評価における床勾配について
		9.9	流下開口を考慮した没水高さについて
9.16	床ドレンファンネル排水における溢水系統の検知時間及び溢水量評価について		
V-1-1-8-4	溢水影響に関する評価	2.4	想定破損による没水影響評価結果（設計基準対象施設）

資料V-1-1-8の各資料と工認補足説明資料との関係【溢水防護に関する施設】(2/3)

工認添付資料		工認補足説明資料	
V-1-1-8-4	溢水影響に関する評価	2.5	想定破損により生じる没水影響評価結果 (重大事故等対処設備)
		2.7	消火水により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設)
		2.8	消火水により生じる没水影響評価結果 (重大事故等対処設備)
		2.10	地震に起因する没水影響評価結果 (設計 基準対象施設)
		2.11	地震に起因する没水影響評価結果 (重大 事故等対処設備)
		3.1	被水影響評価結果
		4.1	蒸気影響評価に用いる環境条件について
		4.2	蒸気影響評価結果 (設計基準対象施設)
		4.3	上記影響評価結果 (重大事故等対処設 備)
		5.7	GOTHIC コードの妥当性について
		5.9	破損配管からの蒸気噴流の影響について
		5.10	蒸気拡散解析の結果例
		5.11	蒸気曝露試験について
		5.12	蒸気漏えい量が少ない場合における影響 評価
		5.13	原子炉建屋原子炉等内における所内蒸気 系配管からの蒸気漏えい対策について
		7.3	使用済燃料プール等のスロッシングによ る溢水量の算出
		8.1	タービン建屋における溢水影響評価
		8.2	海水ポンプ室循環水ポンプエリアにおけ る溢水影響評価
		8.3	屋外タンク等の溢水による影響評価
		8.4	地下水による溢水影響評価
8.5	その他漏えい事象に対する確認について		

資料V-1-1-8の各資料と工認補足説明資料との関係【溢水防護に関する施設】(3/3)

工認添付資料		工認補足説明資料	
V-1-1-8-4	溢水影響に関する評価	9.6	放射性物質を含む液体の管理区域外漏えい防止対策について
		9.8	内部溢水影響評価における判定表
V-1-1-8-5	溢水防護施設の詳細設計	5.6	ターミナルエンド部防護カバーの管理について
		5.8	蒸気漏えい検知及び遠隔隔離システムについて
		9.5	浸水防護施設の止水性
		9.19	貫通部止水処置実施箇所について
		9.21	管理区域外漏えい伝播防止堰の評価方法について

添付資料V-1-1-8に係る補足説明資料

【説明する添付資料】

V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書

補足説明資料目次

1. 溢水影響評価	
1.1 機能喪失高さについて	補-1.1-1
1.2 溢水防護対象設備の選定について	補-1.2-1
1.3 溢水評価対象の重大事故等対処設備の選定について	補-1.3-1
1.4 内部溢水影響評価の対象について（設計基準対象施設）	補-1.4-1
1.5 内部溢水，火災防護及び外部事象における防護対象設備の比較について （重大事故等対処設備）	補-1.5-1
2. 没水影響評価について	
2.1 溢水源となる機器のリスト	補-2.1-1
2.2 溢水経路のモデル図	補-2.2-1
2.3 想定破損による没水影響評価について	補-2.3-1
2.4 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）	補-2.4-1
2.5 想定破損により生じる没水影響評価結果（重大事故等対処設備）	補-2.5-1
2.6 消火活動に伴う溢水について	補-2.6-1
2.7 消火水の放水により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）	補-2.7-1
2.8 消火水の放水により生じる没水影響評価結果（重大事故等対処設備）	補-2.8-1
2.9 地震に起因する溢水源リスト	補-2.9-1
2.10 地震に起因する没水影響評価結果（設計基準対象施設）	補-2.10-1
2.11 地震に起因する没水影響評価結果（重大事故等対処設備）	補-2.11-1
3. 被水影響評価について	
3.1 被水影響評価結果	補-3.1-1
4. 蒸気影響評価について	
4.1 蒸気影響評価に用いる環境条件について	補-4.1-1
4.2 蒸気影響評価結果（設計基準対象設備）	補-4.2-1
4.3 蒸気影響評価結果（重大事故等対処設備）	補-4.3-1
5. 想定破損による溢水影響評価について	
5.1 高エネルギー配管の応力評価	補-5.1-1
5.2 高エネルギー配管のうち低エネルギー配管に分類できる系統について	補-5.2-1
5.3 高エネルギー配管における貫通クラックについて	補-5.3-1
5.4 減肉等による評価について	補-5.4-1
5.5 想定破損評価に用いる溢水量の算定について	補-5.5-1
5.6 ターミナルエンド部保護カバーの管理について	補-5.6-1
5.7 GOTHICコードの妥当性について	補-5.7-1
5.8 蒸気漏えい検知及び遠隔隔離システム	補-5.8-1
5.9 破損配管からの蒸気噴流の影響について	補-5.9-1
5.10 蒸気拡散解析の結果例	補-5.10-1

5.11	蒸気曝露試験について.....	補-5.11-1
5.12	蒸気漏えい量が少ない場合における影響評価.....	補-5.12-1
5.13	原子炉建屋原子炉棟内における所内蒸気系統からの蒸気漏えい対策.....	補-5.13-1
6.	消火水の放水による溢水の影響評価について	
6.1	消火水の放水による溢水に対する評価の概要について.....	補-6.1-1
7.	地震起因による溢水影響評価について	
7.1	耐震B, Cクラス機器の耐震工事の内容（個別機器）.....	補-7.1-1
7.2	溢水防護に関する施設の耐震評価対象設備・部位の代表性及び網羅性について.....	補-7.2-1
7.3	使用済燃料プール等のスロッシングによる溢水量の算出.....	補-7.3-1
8.	その他の溢水による溢水影響評価	
8.1	タービン建屋における溢水影響評価.....	補-8.1-1
8.2	海水ポンプ室循環水ポンプエリアにおける溢水影響評価.....	補-8.2-1
8.3	屋外タンク等の溢水による影響評価.....	補-8.3-1
8.4	地下水による影響評価.....	補-8.4-1
8.5	その他の漏えい事象に対する確認について.....	補-8.5-1
9.	全般	
9.1	溢水防護区画毎における機能喪失高さ.....	補-9.1-1
9.2	ケーブルの被水影響評価について.....	補-9.2-1
9.3	没水影響評価における床勾配について.....	補-9.3-1
9.4	鉄筋コンクリート壁の水密性について.....	補-9.4-1
9.5	浸水防護施設の止水性について.....	補-9.5-1
9.6	放射性物質を含む液体の管理区域外漏えい防止対策について.....	補-9.6-1
9.7	経年劣化事象と保全内容.....	補-9.7-1
9.8	内部溢水影響評価における判定表.....	補-9.8-1
9.9	流下開口を考慮した没水高さについて.....	補-9.9-1
9.10	内部溢水影響評価における確認内容について.....	補-9.10-1
9.11	内部溢水影響評価に用いる各項目の保守性と有効数字の処理について.....	補-9.11-1
9.12	使用済燃料プール水のダクト流入防止対策について.....	補-9.12-1
9.13	現場操作の実施可能性について.....	補-9.13-1
9.14	ほう酸水漏えい等による影響について.....	補-9.14-1
9.15	原子炉建屋原子炉棟6階に関する対策・運用について.....	補-9.15-1
9.16	床ドレンファンネル排水における漏えい系統の検知時間及び溢水量評価について.....	補-9.16-1
9.17	原子炉建屋原子炉棟最終滞留区画における溢水発生後の復旧について.....	補-9.17-1

- 9.18 想定破損による溢水検知のための漏えい検知器設置の考え方について..... 補-9.18-1
- 9.19 貫通部止水処置の実施箇所について..... 補-9.19-1
- 9.20 使用済燃料プールの冷却・給水機能の維持について..... 補-9.20-1
- 9.21 管理区域外漏えい伝播防止堰の評価方法について..... 補-9.21-1

1.1 機能喪失高さについて

1.1.1 概要

本資料は、原子炉の高温停止、低温停止及びその維持に必要な設備、放射性物質の閉じ込め機能及びその維持に必要な設備並びに使用済燃料プールの冷却機能及び使用済燃料プールへの給水機能を維持するために必要な設備として抽出された溢水防護対象設備、また、溢水評価対象として抽出された重大事故等対処設備について、溢水影響により要求される機能を損なうおそれのある高さ（以下「機能喪失高さ」という。）を明確にする。また、抽出された防護対象設備及び重大事故等対処設備が設置される溢水防護区画を明確にする。

1.1.2 機能喪失高さの考え方

各機器の機能喪失高さの考え方を第 1.1-1 表に示し、期機能機能喪失高さのイメージ図を第 1.1-1 図に示す。また、各機能喪失高さと溢水水位に関する裕度の考え方を第 1.1-2 図に示す。

機能喪失高さは「評価高さ」を基本とするが、評価結果が厳しい場合には、現場での実測等により確認した「実力高さ」を用いる。なお、実力高さが評価高さよりも低い場合には、実力高さを用いる。

1.1.3 溢水防護対象設備及び重大事故等対処設備リストの整理

各機器の機能喪失高さの考え方を第 1.1-1 表に示し、期機能機能喪失高さのイメージ図を第 1.1-1 図に示す。また、各機能喪失高さと溢水水位に関する裕度の考え方を第 1.1-2 図に示す。

抽出された溢水防護対象設備及び重大事故等対処設備の設置高さ、機能喪失高さ並びに溢水防護区画について、第 1.1-2 表及び第 1.1-3 表に示す。

機能喪失高さの記載において、溢水影響を受けない静的機器のうちポンベについては、没水により機能喪失しないことから、機能喪失高さは「－」と記載する。

1.1.4 溢水影響評価における区画

溢水影響評価において、評価に必要となる区画を設定し、このうち防護すべき設備が設置される区画を溢水防護区画として設定する。

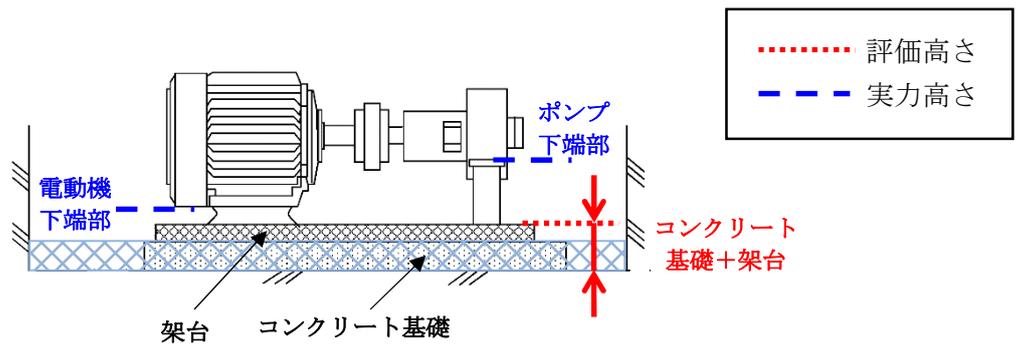
溢水の発生を想定する建屋について、溢水影響評価における区画番号を第 1.1-3 図に示す。

第 1.1-1 表 溢水による各設備の機能喪失高さの考え方

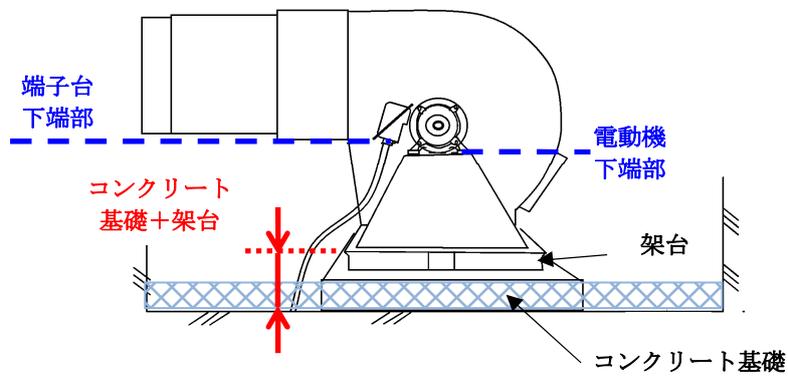
機器	機能喪失高さ	
	実力高さ	評価高さ
弁	①電動弁：弁駆動装置下部 ②空気作動弁，各付属品のうち，最低高さの付属品の下端部	・電動弁，空気作動弁とも <u>弁配管の中心高さ</u>
ダンパ 及び ダクト	・各付属品のうち，最低高さの付属品の下端部	・ダンパ，ダクトとも <u>中心高さ（配管ダクトの場合）</u> ・ダンパ，ダクトの下端高さ
ポンプ	①ポンプ又はモータのいずれか低い方の下端 ②モータは下端部	・ポンプ，モータの <u>基礎+架台高さ</u> のいずれか低い箇所
ファン	・モータ下端部又は吸込み口高さの低い方	・ファン又はモータの <u>基礎+架台高さ</u> のいずれか低い箇所の高さ
計器	—	・計器類は計器本体又は伝送器の下端部のいずれか低い方 ・計器ラックは <u>床面高さ</u>
電源・盤	・端子台等最下部	・ <u>床面高さ</u>
車両 (移動式)	—	・車両のマフラー，バッテリーあるいはラジエータ等の電気品の下端部*

*：車体の沈み込みも考慮する。

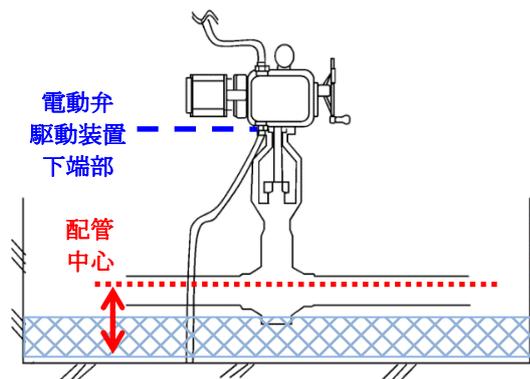
補 足：評価においては，ゆらぎと水上高さを考慮して，機能喪失高さを一律 200 mm 下げ没水評価を実施する。（第 1.1-2 図参照）



ポンプにおける機能喪失高さ（例）

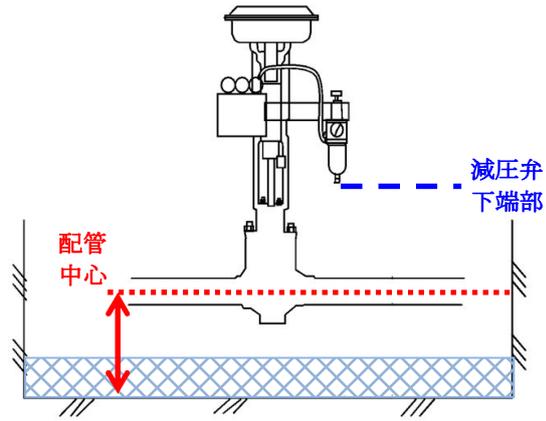


ファンにおける機能喪失高さ（例）

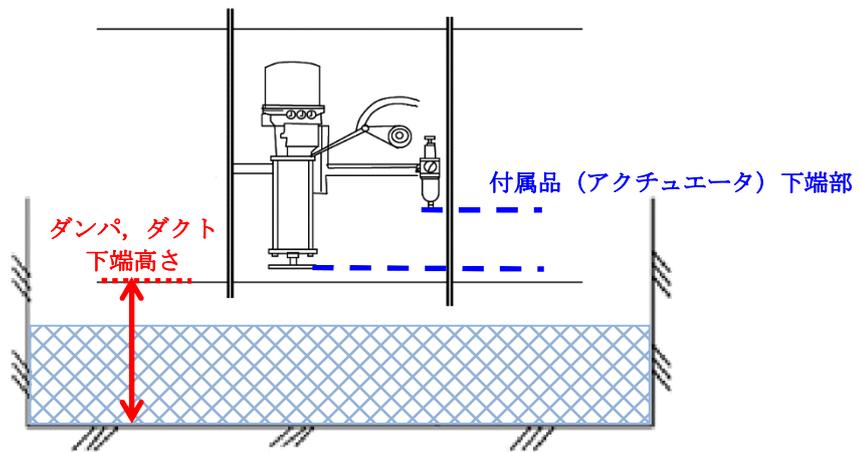


電動弁における機能喪失高さ（例）

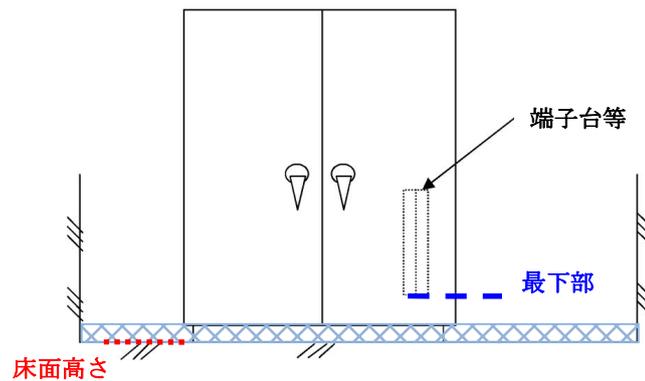
第 1.1-1 図 機能喪失高さに関する「評価高さ」と「実力高さ」の関係（1 / 3）



空気作動弁（配管ダクトの場合のダンパ）における機能喪失高さ（例）

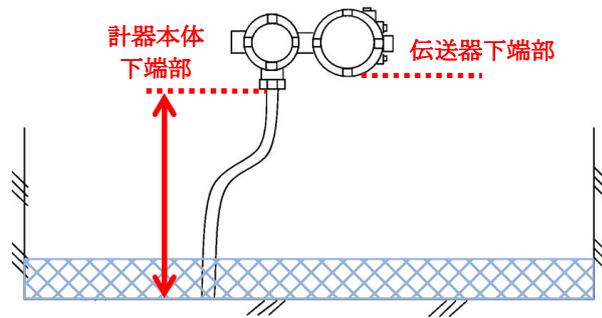


ダンパ及びダクトにおける機能喪失高さ（例）

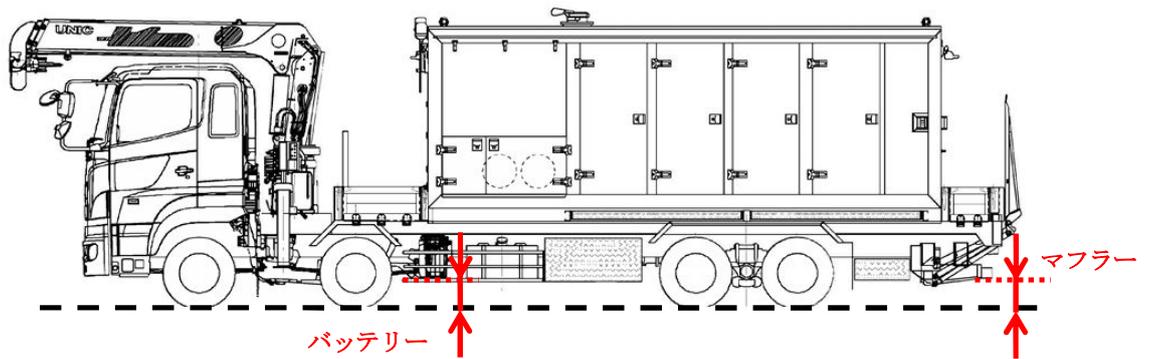


電源・盤における機能喪失高さ（例）

第 1. 1-1 図 機能喪失高さに関する「評価高さ」と「実力高さ」の関係（2 / 3）



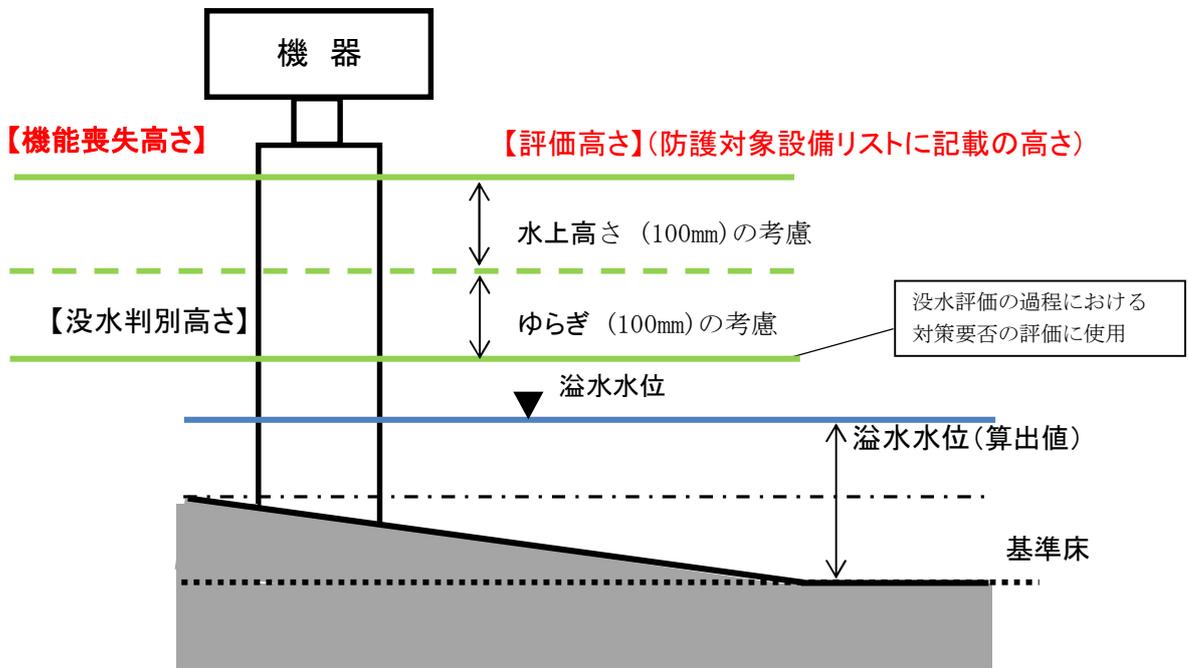
計器における機能喪失高さ（例）



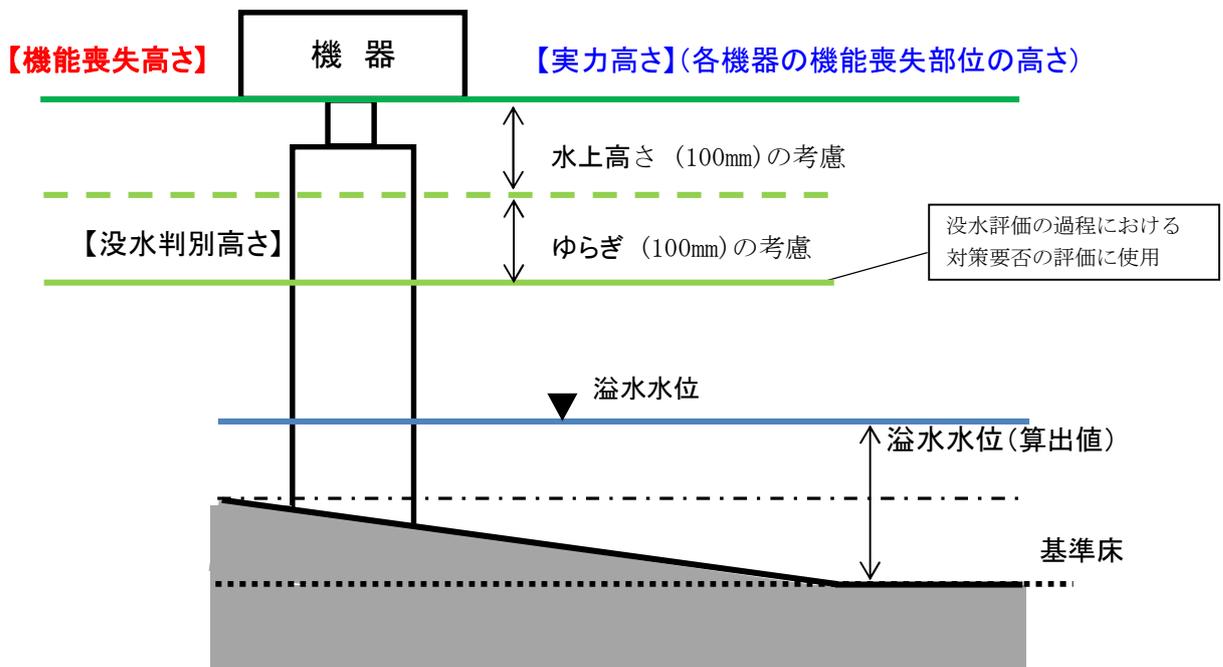
車両における機能喪失高さ（例）

第 1.1-1 図 機能喪失高さに関する「評価高さ」と「実力高さ」の関係（3 / 3）

【 評価高さを機能喪失高さとする場合 】



【 実力高さを機能喪失高さとする場合 】



第 1.1-2 図 内部溢水評価に用いる高さの関連図

第1.1-2表 防護対象設備リスト (7/28)

系 統	設 備	高さ種類
制御棒駆動系	水圧制御ユニットアキュムレータ 水圧制御ユニット (東側) (アキュムレータ, 窒素容器, スクラム弁 (C12-126, C12-127) 含む)	評価高さ
制御棒駆動系	水圧制御ユニットアキュムレータ 水圧制御ユニット (西側) (アキュムレータ, 窒素容器, スクラム弁 (C12-126, C12-127) 含む)	評価高さ
エリア放射線モニタ系	燃料取替フロア 燃料プール (検出器) (RE D21-NS03)	評価高さ
エリア放射線モニタ系	燃料取替フロア 燃料プール (現場監視ユ ニット) (RIA-D21-NS03)	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	格納容器雰囲気モニタヒータ電源盤 (B) (LCP-188B)	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (B)系 ヒータ電源用変圧器	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS モニタラック (B) (D23-P001B)	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS 校正用計器ラック (B) (D23-P002B)	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS 校正用ポンベラック (B) (D23-P003B)	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (A) ドライウェル計装入口隔離弁 (D23-F001A (MO))	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (A) ドライウェル計装出口隔離弁 (D23-F002A (MO))	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (A) サプレッションプール計装入口隔 離弁 (D23-F003A (MO))	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	格納容器雰囲気モニタヒータ電源盤 (A) (LCP-188A)	実力高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (A)系 ヒータ電源用変圧器	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (B) ドライウェル計装入口隔離弁 (D23-F001B (MO))	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (B) ドライウェル計装出口隔離弁 (D23-F002B (MO))	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (B) サプレッションプール計装入口隔 離弁 (D23-F003B (MO))	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (B) サプレッションプール計装ドレン 出口隔離弁 (D23-F004B (MO))	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS モニタラック (A) (D23-P001A)	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS 校正用計器ラック (A) (D23-P002A)	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS 校正用ポンベラック (A) (D23-P003A)	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	ドライウェル圧力 (伝送器) (PT-D23- N004A)	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	ドライウェル圧力 (伝送器) (PT-D23- N004B)	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (A) サプレッションプール計装ドレン 出口隔離弁 (D23-F004A (MO))	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (A) 冷却水入口弁 (RHRS (A)系) (3- 12F101A (MO))	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (A) 冷却水出口弁 (RHRS (A)系) (3- 12F102A (MO))	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (B) 冷却水入口弁 (RHRS (B)系) (3- 12F101B (MO))	評価高さ
格納容器雰囲気監視系	CAMS (B) 冷却水出口弁 (RHRS (B)系) (3- 12F102B (MO))	評価高さ
原子炉系	原子炉水位・圧力計装ラック (H22-P004)	実力高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (8/28)

系 統	設 備	高さ種類
原子炉系	原子炉水位・圧力計装ラック (H22-P005)	実力高さ
原子炉系	原子炉水位・圧力計装ラック (H22-P026)	実力高さ
原子炉系	原子炉水位・圧力計装ラック (H22-P027)	実力高さ
原子炉系	ジェットポンプループ(A)計装ラック (H22-P010)	実力高さ
原子炉系	ジェットポンプループ(B)計装ラック (H22-P009)	実力高さ
原子炉系	COND VAC (A) (伝送器) (PT-B22-N075A)	評価高さ
原子炉系	COND VAC (B) (伝送器) (PT-B22-N075B)	評価高さ
原子炉系	COND VAC (C) (伝送器) (PT-B22-N075C)	評価高さ
原子炉系	COND VAC (D) (伝送器) (PT-B22-N075D)	評価高さ
原子炉系	MSL PRESS ISO(A) (伝送器) (PT-B22-N076A)	評価高さ
原子炉系	MSL PRESS ISO(B) (伝送器) (PT-B22-N076B)	評価高さ
原子炉系	MSL PRESS ISO(C) (伝送器) (PT-B22-N076C)	評価高さ
原子炉系	MSL PRESS ISO(D) (伝送器) (PT-B22-N076D)	評価高さ
原子炉補機冷却系	RCW SURGE TANK LEVEL(スイッチ) (LSL-9-192)	評価高さ
原子炉補機冷却系	RCW SURGE TANK LEVEL (伝送器) (LT-9-192)	評価高さ
原子炉補機冷却系	ドライウェル内機器原子炉補機冷却水戻り弁 (2-9V33(MO))	実力高さ
原子炉補機冷却系	ドライウェル内機器原子炉補機冷却水隔離弁 (2-9V30(MO))	実力高さ
原子炉補機冷却系	RCW 機器冷却器行き弁 (7-9V31(MO))	評価高さ
原子炉補機冷却系	RCW ポンプ(A) (RCW-PMP-A)	評価高さ
原子炉補機冷却系	RCW ポンプ(B) (RCW-PMP-B)	評価高さ
原子炉補機冷却系	RCW ポンプ(C) (RCW-PMP-C)	評価高さ
原子炉補機冷却系	RCW 熱交バイパス温度制御弁 (TCV-9-92)	評価高さ
原子炉補機冷却系	RCW TEMP CONTROL (指示調節計) (TIC-9-92)	評価高さ
原子炉保護系	水平方向地震加速度検出器 (C72-N009A)	評価高さ
原子炉保護系	水平方向地震加速度検出器 (C72-N009B)	評価高さ
原子炉保護系	水平方向地震加速度検出器 (C72-N009C)	評価高さ
原子炉保護系	水平方向地震加速度検出器 (C72-N009D)	評価高さ
原子炉保護系	水平方向地震加速度検出器 (C72-N010A)	評価高さ
原子炉保護系	水平方向地震加速度検出器 (C72-N010B)	評価高さ
原子炉保護系	鉛直方向地震加速度検出器 (C72-N011A)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (9/28)

系 統	設 備	高さ種類
原子炉保護系	鉛直方向地震加速度検出器 (C72-N011B)	評価高さ
原子炉保護系	水平方向地震加速度検出器 (C72-N010C)	評価高さ
原子炉保護系	水平方向地震加速度検出器 (C72-N010D)	評価高さ
原子炉保護系	鉛直方向地震加速度検出器 (C72-N011C)	評価高さ
原子炉保護系	鉛直方向地震加速度検出器 (C72-N011D)	評価高さ
原子炉保護系	RPS M-Gセット(2A)(発電機/電動機)(RPS-MG-A-GEN /RPS-MG-A-MTR)	評価高さ
原子炉保護系	RPS M-Gセット(2B)(発電機/電動機)(RPS-MG-B-GEN /RPS-MG-B-MTR)	評価高さ
原子炉保護系	RPS M-Gセット(2A) 制御盤 (LCP-184A)	評価高さ
原子炉保護系	RPS M-Gセット(2B) 制御盤 (LCP-184B)	評価高さ
原子炉保護系	RPS 分電盤(A) (PNL-C72-P001)	実力高さ
原子炉保護系	RPS 分電盤(B) (PNL-C72-P002)	実力高さ
残留熱除去系	RHR (A)系 格納容器スプレイ弁 (E12-F016A(MO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR (A)系 格納容器スプレイ弁 (E12-F017A(MO))	評価高さ
残留熱除去系	残留熱除去系 A 系注入弁 (E12-M0-F042A)	実力高さ
残留熱除去系	RHR VALVE DIFF PRESS A (伝送器) (DPT-E12-N058A)	評価高さ
残留熱除去系	RHR VALVE DIFF PRESS B (伝送器) (DPT-E12-N058B)	評価高さ
残留熱除去系	RHR VALVE DIFF PRESS C (伝送器) (DPT-E12-N058C)	評価高さ
残留熱除去系	RHR (B)系 テストライン弁 (E12-F024B(MO))	評価高さ
残留熱除去系	残留熱除去系 B 系注入弁 (E12-M0-F042B)	実力高さ
残留熱除去系	残留熱除去系 C 系注入弁 (E12-M0-F042C)	実力高さ
残留熱除去系	RHR (A)系 シャットダウン注入弁 (E12-F053A(MO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR シャットダウンライン隔離弁 (外側) (E12-F008(MO))	実力高さ
残留熱除去系	RHR (B)系 格納容器スプレイ弁 (E12-F016B(MO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR (B)系 格納容器スプレイ弁 (E12-F017B(MO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR (B)系 シャットダウン注入弁 (E12-F053B(MO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR (A)系サブプレッションプールのスプレイ弁 (E12-F027A(MO))	実力高さ
残留熱除去系	RHR (A)系テストライン弁 (E12-F024A(MO))	実力高さ
残留熱除去系	RHR (B)系サブプレッションプールのスプレイ弁 (E12-F027B(MO))	実力高さ
残留熱除去系	RHR (A)系ミニフロー弁 (E12-F064A(MO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR (B)系ミニフロー弁 (E12-F064B(MO))	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (10/28)

系 統	設 備	高さ種類
残留熱除去系	RHR (C)系ミニフロー弁 (E12-F064C(MO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR DIV-I 計装ラック (H22-P018)	実力高さ
残留熱除去系	RHR DIV-II 計装ラック (H22-P021)	実力高さ
残留熱除去系	RHR 熱交換器(B)バイパス弁 (E12-F048B(MO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR 熱交換器(A)バイパス弁 (E12-F048A(MO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR ポンプ(B)停止時冷却ライン入口弁 (E12-F006B(MO))	実力高さ
残留熱除去系	RHR ポンプ(B)入口弁 (E12-F004B(MO))	評価高さ
残留熱除去系	残留熱除去系ポンプB (RHR-PMP-C002B)	実力高さ
残留熱除去系	残留熱除去系ポンプC (RHR-PMP-C002C)	実力高さ
残留熱除去系	RHR ポンプ(C)入口弁 (E12-F004C(MO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR ポンプ(A)停止時冷却ライン入口弁 (E12-F006A(MO))	実力高さ
残留熱除去系	RHR ポンプ(A)入口弁 (E12-F004A(MO))	評価高さ
残留熱除去系	残留熱除去系ポンプA (RHR-PMP-C002A)	実力高さ
残留熱除去系	RHR (B)系サンプリング弁 (内側) (E12-F060B(AO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR (B)系サンプリング弁 (外側) (E12-F075B(AO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR (A)系サンプリング弁 (内側) (E12-F060A(AO))	評価高さ
残留熱除去系	RHR (A)系サンプリング弁 (外側) (E12-F075A(AO))	評価高さ
残留熱除去系海水系	RHRS 熱交換器(B)海水出口弁 (E12-F068B(MO))	実力高さ
残留熱除去系海水系	RHRS 熱交換器(A)海水出口弁 (E12-F068A(MO))	実力高さ
残留熱除去系海水系	残留熱除去系海水系系統流量 (FT-E12-N007A)	-
残留熱除去系海水系	残留熱除去系海水系系統流量 (FT-E12-N007B)	-
残留熱除去系海水系	残留熱除去系海水系ポンプA (RHRS-PMP-A)	実力高さ
残留熱除去系海水系	残留熱除去系海水系ポンプB (RHRS-PMP-B)	実力高さ
残留熱除去系海水系	残留熱除去系海水系ポンプC (RHRS-PMP-C)	実力高さ
残留熱除去系海水系	残留熱除去系海水系ポンプD (RHRS-PMP-D)	実力高さ
主蒸気系	主蒸気ドレン弁 (外側隔離弁) (B22-F019(MO))	評価高さ
主蒸気系	主蒸気ドレン弁 (外側隔離弁) (B22-F067A(MO))	評価高さ
主蒸気系	主蒸気ドレン弁 (外側隔離弁) (B22-F067B(MO))	評価高さ
主蒸気系	主蒸気ドレン弁 (外側隔離弁) (B22-F067C(MO))	評価高さ
主蒸気系	主蒸気ドレン弁 (外側隔離弁) (B22-F067D(MO))	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (11/28)

系 統	設 備	高さ種類
主蒸気系	主蒸気流量(A)計装ラック (H22-P015)	実力高さ
主蒸気系	主蒸気流量(B)計装ラック (H22-P025)	実力高さ
主蒸気系	主蒸気隔離弁第2弁 (A) (B22-F028A(A0))	評価高さ
主蒸気系	主蒸気隔離弁第2弁 (B) (B22-F028B(A0))	評価高さ
主蒸気系	主蒸気隔離弁第2弁 (C) (B22-F028C(A0))	評価高さ
主蒸気系	主蒸気隔離弁第2弁 (D) (B22-F028D(A0))	評価高さ
所内電源系	MCC 2A2-2	評価高さ
所内電源系	MCC 2B2-2	評価高さ
所内電源系	MCC 2C-9	評価高さ
所内電源系	MCC 2D-9	評価高さ
所内電源系	MCC 2C-7	評価高さ
所内電源系	MCC 2C-8	評価高さ
所内電源系	MCC 2D-7	評価高さ
所内電源系	MCC 2D-8	評価高さ
所内電源系	R/B INST DIST PNL 1	実力高さ
所内電源系	R/B INST DIST PNL 2	実力高さ
所内電源系	MCC 2C-3	評価高さ
所内電源系	MCC 2C-5	評価高さ
所内電源系	MCC 2D-3	評価高さ
所内電源系	MCC 2D-5	評価高さ
所内電源系	R/B INST DIST PNL 3	実力高さ
所内電源系	MCC 2C-1	評価高さ
所内電源系	MCC 2D-1	評価高さ
所内電源系	MCC 2C-2	評価高さ
所内電源系	MCC 2D-2	評価高さ
所内電源系	中央制御室120V交流計装用分電盤2A-1 (PNL-DP-2A-1-AC)	評価高さ
所内電源系	中央制御室120V交流計装用分電盤2A-2 (PNL-DP-2A-2-AC)	評価高さ
所内電源系	中央制御室120V交流計装用分電盤2B-1 (PNL-DP-2B-1-AC)	評価高さ
所内電源系	中央制御室120V交流計装用分電盤2B-2 (PNL-DP-2B-2-AC)	評価高さ
所内電源系	MCC 2C-6	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (12/28)

系 統	設 備	高さ種類
所内電源系	MCC 2D-6	評価高さ
所内電源系	120/240V AC INST. DIST. CTR	評価高さ
所内電源系	120V AC INST HPCS DIST PNL	実力高さ
所内電源系	120V AC MCR DIST PNL NOR	実力高さ
所内電源系	6.9kV SWGR. 2B-1	評価高さ
所内電源系	6.9kV SWGR. 2B-2	評価高さ
所内電源系	6.9kV SWGR. 2D	評価高さ
所内電源系	6.9kV SWGR. 2E	評価高さ
所内電源系	480V PWR. CTR. 2D	評価高さ
所内電源系	480V PWR. CTR. 2B-2	評価高さ
所内電源系	MCC 2C-4	評価高さ
所内電源系	MCC 2D-4	評価高さ
所内電源系	MCC HPCS	評価高さ
所内電源系	6.9kV SWGR. 2A-1	評価高さ
所内電源系	6.9kV SWGR. 2A-2	評価高さ
所内電源系	6.9kV SWGR. 2C	評価高さ
所内電源系	6.9kV SWGR. HPCS	評価高さ
所内電源系	480V PWR. CTR. 2C	評価高さ
制御用圧縮空気系	N2 GAS BOMBE DISCH PRESS(指示スイッチ) (PIS-16-900.1)	評価高さ
制御用圧縮空気系	N2 GAS BOMBE DISCH PRESS(指示スイッチ) (PIS-16-900.2)	評価高さ
制御用圧縮空気系	ドライウエルN2ボトルガス供給弁 (2-16V13A(MO))	評価高さ
制御用圧縮空気系	ドライウエルN2ボトルガス供給弁 (2-16V13B(MO))	実力高さ
制御用圧縮空気系	ドライウエルN2供給弁 (2-16V12A(MO))	評価高さ
制御用圧縮空気系	ドライウエルN2供給弁 (2-16V12B(MO))	実力高さ
制御用圧縮空気系	ドライウエル制御用空気供給元弁 (2-16V11(MO))	実力高さ
制御用圧縮空気系	ドライウエル窒素ボンベガス供給遮断弁 (3-16V900A(AO))	実力高さ
制御用圧縮空気系	ドライウエル窒素ボンベガス供給遮断弁 (3-16V900B(AO))	実力高さ
中央制御室換気系	中央制御室チラーユニット(WC2-1) (HVAC-WC2-1)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室チラーユニット(WC2-2) (HVAC-WC2-2)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室チラーユニット(WC2-1)制御盤 (T41-P036)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (13/28)

系 統	設 備	高さ種類
中央制御室換気系	中央制御室チラーユニット(WC2-2)制御盤 (T41-P037)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室換気系空調機ファンA (HVAC-AH2-9A)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室換気系空調機ファンB (HVAC-AH2-9B)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室換気系フィルタユニットA (HVAC-FLT-A)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室換気系フィルタユニットB (HVAC-FLT-B)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室排気ファン (HVAC-E2-15)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室チラー冷水循環ポンプ(A) (HVAC-PMP-P2-3)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室チラー冷水循環ポンプ(B) (HVAC-PMP-P2-4)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室換気系計装ラック (T41-P020)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室換気系計装ラック (T41-P021)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室給気隔離弁 (SB2-18A)	実力高さ
中央制御室換気系	中央制御室給気隔離弁 (SB2-18B)	実力高さ
中央制御室換気系	中央制御室給気隔離弁 (SB2-19A)	実力高さ
中央制御室換気系	中央制御室給気隔離弁 (SB2-19B)	実力高さ
中央制御室換気系	中央制御室排気隔離弁 (SB2-20A)	実力高さ
中央制御室換気系	中央制御室排気隔離弁 (SB2-20B)	実力高さ
中央制御室換気系	中央制御室換気系フィルタ系ファン (HVAC-E2-14A)	評価高さ
中央制御室換気系	中央制御室換気系フィルタ系ファン (HVAC-E2-14B)	評価高さ
中央制御室換気系	ファン(AH2-9A)入口ダンパ (DMP-A0-T41-F090)	実力高さ
中央制御室換気系	ファン(AH2-9B)入口ダンパ (DMP-A0-T41-F091)	実力高さ
中央制御室換気系	非常用MCRフィルターファンE2-14A(S) (DMP-A0-T41-F086)	実力高さ
中央制御室換気系	非常用MCRフィルターファンE2-14B(S) (DMP-A0-T41-F088)	実力高さ
中央制御室換気系	AH2-9(A)出口温度制御弁 (TCV-T41-F084A)	実力高さ
中央制御室換気系	AH2-9(B)出口温度制御弁 (TCV-T41-F084B)	実力高さ
スイッチギヤ室換気系	スイッチギヤ室エアハンドリングユニットファン(A) (HVAC-AH2-10A)	評価高さ
スイッチギヤ室換気系	スイッチギヤ室エアハンドリングユニットファン(B) (HVAC-AH2-10B)	評価高さ
スイッチギヤ室換気系	AH2-10A 外気取り入れダンパ (DMP-A0-T41-F056)	実力高さ
スイッチギヤ室換気系	AH2-10B 外気取り入れダンパ (DMP-A0-T41-F059)	実力高さ
スイッチギヤ室換気系	AH2-10A 入口ダンパ (DMP-A0-T41-F057)	実力高さ
スイッチギヤ室換気系	AH2-10B 入口ダンパ (DMP-A0-T41-F058)	実力高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (14/28)

系 統	設 備	高さ種類
スイッチギヤ室換気系	HVAC SWITCHGEAR VENTILATING SYS. (PNL-T41-P023)	評価高さ
スイッチギヤ室換気系	SWG R室チラー冷水循環ポンプ(A) (HVAC-PMP-P2-5)	評価高さ
スイッチギヤ室換気系	SWG R室チラー冷水循環ポンプ(B) (HVAC-PMP-P2-6)	評価高さ
スイッチギヤ室換気系	AH2-10(A) 出口温度制御弁 (TCV-T41-F005A)	実力高さ
スイッチギヤ室換気系	AH2-10(B) 出口温度制御弁 (TCV-T41-F005B)	実力高さ
スイッチギヤ室換気系	SWG Rチラーユニット(WC2-3A) (HVAC-WC2-3A)	評価高さ
スイッチギヤ室換気系	SWG Rチラーユニット(WC2-3B) (HVAC-WC2-3B)	評価高さ
スイッチギヤ室換気系	SWG Rチラーユニット(WC2-4A) (HVAC-WC2-4A)	評価高さ
スイッチギヤ室換気系	SWG Rチラーユニット(WC2-4B) (HVAC-WC2-4B)	評価高さ
バッテリー室換気系	バッテリー室エアハンドリングユニットファン(A) (HVAC-AH2-12A)	評価高さ
バッテリー室換気系	バッテリー室エアハンドリングユニットファン(B) (HVAC-AH2-12B)	評価高さ
バッテリー室換気系	バッテリー室排風機(A) (HVAC-E2-11A)	評価高さ
バッテリー室換気系	バッテリー室排風機(B) (HVAC-E2-11B)	評価高さ
バッテリー室換気系	E2-11(A) 出口ダンパ (DMP-A0-T41-F054)	実力高さ
バッテリー室換気系	E2-11(B) 出口ダンパ (DMP-A0-T41-F055)	実力高さ
バッテリー室換気系	HVAC BATTERY ROOM VENTILATING SYS. (PNL-T41-P022)	評価高さ
直流電源設備	直流125Vモータコントロールセンタ (125V DC MCC 2A-2)	評価高さ
直流電源設備	直流125Vモータコントロールセンタ (125V DC MCC 2A-1)	評価高さ
直流電源設備	直流 250V 蓄電池 (250V DC BATTERY)	実力高さ
直流電源設備	125V系蓄電池HPCS系 (125V DC HPCS BATTERY)	実力高さ
直流電源設備	直流 125V 充電器(2A) (125V DC 2A BATT. CHARGER)	評価高さ
直流電源設備	直流 125V 充電器(2B) (125V DC 2B BATT. CHARGER)	評価高さ
直流電源設備	直流 125V 充電器(HPCS) (125V DC HPCS BATT. CHARGER)	評価高さ
直流電源設備	直流 125V 配電盤(2A) (125V DC DIST CTR 2A)	評価高さ
直流電源設備	直流 125V 配電盤(2B) (125V DC DIST CTR 2B)	評価高さ
直流電源設備	直流 125V 配電盤(HPCS) (125V DC DIST CTR HPCS)	評価高さ
直流電源設備	直流 250V タービン配電盤 (250V DC TURB DIST CTR)	評価高さ
直流電源設備	直流 125V 分電盤(2A-1) (125V DC DIST PNL 2A-1)	実力高さ
直流電源設備	直流 125V 分電盤(2A-2) (125V DC DIST PNL 2A-2)	実力高さ
直流電源設備	直流 125V 分電盤(2B-1) (125V DC DIST PNL 2B-1)	実力高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (15/28)

系 統	設 備	高さ種類
直流電源設備	直流 125V 分電盤(2B-2) (125V DC DIST PNL 2B-2)	実力高さ
直流電源設備	直流 125V 分電盤(HPCS) (125V DC DIST PNL HPCS)	実力高さ
直流電源設備	直流 125V 分電盤(2B-2-1) (125V DC DIST PNL 2B-2-1)	評価高さ
直流電源設備	直流 250V 充電器(常用, 予備) (250V DC BATT. CHARGER)	評価高さ
直流電源設備	直流 ±24V 分電盤(2A) (24V DC DIST PNL 2A)	実力高さ
直流電源設備	直流 ±24V 分電盤(2B) (24V DC DIST PNL 2B)	実力高さ
直流電源設備	直流 ±24V 充電器(2A) (24V DC 2A BATT. CHARGER)	評価高さ
直流電源設備	直流 ±24V 充電器(2B) (24V DC 2B BATT. CHARGER)	評価高さ
直流電源設備	中性子モニター用蓄電池 (2A) (24V DC 2A BATTERY)	実力高さ
直流電源設備	中性子モニター用蓄電池 (2B) (24V DC 2B BATTERY)	実力高さ
直流電源設備	地絡検出盤 (直流分電盤2A-1) (PNL-LCP-177)	評価高さ
直流電源設備	地絡検出盤 (直流分電盤2A-2) (PNL-LCP-178)	評価高さ
直流電源設備	地絡検出盤 (直流分電盤2B-1) (PNL-LCP-179)	評価高さ
直流電源設備	125V系蓄電池A系 (125V DC 2A BATTERY)	実力高さ
直流電源設備	125V系蓄電池B系 (125V DC 2B BATTERY)	実力高さ
直流電源設備	125V系蓄電池B系 (125V DC 2B BATTERY)	実力高さ
直流電源設備	直流 125V 分電盤(2A-2-1) (125V DC DIST PNL 2A-2-1)	評価高さ
燃料プール冷却 浄化系	FPC スキマーサージタンク補給水弁 (7-18V71(MO))	実力高さ
燃料プール冷却 浄化系	SKIMMER SURGE TANK HI LEVEL(スイッチ) (LSH-G41-N004)	評価高さ
燃料プール冷却 浄化系	SKIMMER SURGE TANK LO LEVEL(スイッチ) (LSL-G41-N005)	評価高さ
燃料プール冷却 浄化系	FPC SKIMMER SURGE TANK LI (PNL-LCP-133)	評価高さ
燃料プール冷却 浄化系	FUEL POOL TEMP (検出器) (TE-G41-N015)	-
燃料プール冷却 浄化系	FPF/DEMIN. CONTROL PNL. (PNL-G41-Z010-100)	評価高さ
燃料プール冷却 浄化系	FPC F/D INST. RACK (PNL-LR-R-46A)	実力高さ
燃料プール冷却 浄化系	FPC F/D INST. RACK (PNL-LR-R-46B)	実力高さ
燃料プール冷却 浄化系	SKIMMER SURGE TANK LO LOLEVEL(スイッチ) (LSLL-G41-N006)	評価高さ
燃料プール冷却 浄化系	SKIMMER SURGE TANK HI LEVEL(伝送器) (LT-G41-N100)	評価高さ
燃料プール冷却 浄化系	FPC SYS PUMP AREA PNL. (G41-P002)	実力高さ
燃料プール冷却 浄化系	PUMP SECTION LO PRESS & ALARM(スイッチ) (PSL-G41-N007A)	評価高さ
燃料プール冷却 浄化系	PUMP SECTION LO PRESS & ALARM(スイッチ) (PSL-G41-N007B)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (16/28)

系 統	設 備	高さ種類
燃料プール冷却 浄化系	FPC F/D(A) 出口弁 (G41-102A(A0))	評価高さ
燃料プール冷却 浄化系	FPC F/D(A) 出口流量制御弁 (G41-FCV-11A)	評価高さ
燃料プール冷却 浄化系	FPC F/D(B) 出口弁 (G41-102B(A0))	評価高さ
燃料プール冷却 浄化系	FPC F/D(B) 出口流量制御弁 (G41-FCV-11B)	評価高さ
燃料プール冷却 浄化系	FPC 再循環ポンプ(A) (FPC-PMP-C001A)	実力高さ
燃料プール冷却 浄化系	FPC 再循環ポンプ(B) (FPC-PMP-C001B)	実力高さ
バイタル交流電 源設備	バイタル交流分電盤 (PNL-VITAL-AC-1)	評価高さ
バイタル交流電 源設備	バイタル交流電源装置 (PNL-SUPS)	評価高さ
バイタル交流電 源設備	バイタル交流分電盤2 (PNL-VITAL-AC-2)	実力高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS INST. RACK (A) (PNL-LR-R-43)	実力高さ
非常用ガス再循 環系	非常用ガス再循環系排風機A (HVAC-E2-13A)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	非常用ガス再循環系排風機B (HVAC-E2-13B)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	非常用ガス再循環系フィルタトレインA (FRVS-FLT-A)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	非常用ガス再循環系フィルタトレインB (FRVS-FLT-A)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS INST. RACK (B) (PNL-LR-R-44)	実力高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS トレイン(A) ヒータ (FRVS-HEX-EHC2- 6A)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS トレイン(B) ヒータ (FRVS-HEX-EHC2- 6B)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS トレイン(A) ヒータ制御盤 (PNL-LCP- 122)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS トレイン(B) ヒータ制御盤 (PNL-LCP- 125)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS (A) AIR HEATER AUTO RESET(検出器) (TE-26-940A)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS (B) AIR HEATER AUTO RESET(検出器) (TE-26-940B)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS (A) AIR HEATER HAND RESET(検出器) (TE-26-941A)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS (B) AIR HEATER HAND RESET(検出器) (TE-26-941B)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS TRAIN (A) INLET TEMP(検出器) (TE- 26-31. 1A)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS TRAIN (B) INLET TEMP(検出器) (TE- 26-31. 1B)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS TRAIN (A) OUTLET TEMP(検出器) (TE- 26-31. 4A)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS TRAIN (B) OUTLET TEMP(検出器) (TE- 26-31. 4B)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS TRAIN (A) ADSOVER IN TEMP(検出器) (TE-26-909A)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS TRAIN (B) ADSOVER IN TEMP(検出器) (TE-26-909B)	評価高さ
非常用ガス再循 環系	FRVS TRAIN (A) ADSOVER OUT TEMP(検出器) (TE-26-910A)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (17/28)

系 統	設 備	高さ種類
非常用ガス再循環系	FRVS TRAIN (B) ADSOVER OUT TEMP(検出器) (TE-26-910B)	評価高さ
非常用ガス再循環系	FRVS 通常排気系隔離弁(A) (SB2-12A(A0))	実力高さ
非常用ガス再循環系	FRVS 通常排気系隔離弁(B) (SB2-12B(A0))	実力高さ
非常用ガス再循環系	FRVS トレイン(A)入口ダンパ (SB2-5A(A0))	実力高さ
非常用ガス再循環系	FRVS トレイン(B)入口ダンパ (SB2-5B(A0))	実力高さ
非常用ガス再循環系	FRVS トレイン(A)出口ダンパ (SB2-7A(A0))	評価高さ
非常用ガス再循環系	FRVS トレイン(B)出口ダンパ (SB2-7B(A0))	評価高さ
非常用ガス再循環系	FRVS 循環ダンパ (SB2-13A) (SB2-13A(A0))	実力高さ
非常用ガス再循環系	FRVS 循環ダンパ (SB2-13B) (SB2-13B(A0))	実力高さ
非常用ガス処理系	非常用ガス処理系排風機A (HVAC-E2-10A)	評価高さ
非常用ガス処理系	非常用ガス処理系排風機B (HVAC-E2-10B)	評価高さ
非常用ガス処理系	非常用ガス処理系フィルタトレインA (SGTS-FLT-A)	評価高さ
非常用ガス処理系	非常用ガス処理系フィルタトレインB (SGTS-FLT-B)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS INST. RACK (A) (PNL-LR-R-47)	実力高さ
非常用ガス処理系	SGTS INST. RACK (B) (PNL-LR-R-48)	実力高さ
非常用ガス処理系	SGTS トレイン(A)ヒータ (SGTS-HEX-EHC2-7A)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS トレイン(B)ヒータ (SGTS-HEX-EHC2-7B)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS トレイン(A)エアヒータ制御盤 (PNL-LCP-116)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS トレイン(B)エアヒータ制御盤 (PNL-LCP-119)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS (A) AIR HEATER AUTO RESET(検出器) (TE-26-950A)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS (B) AIR HEATER AUTO RESET(検出器) (TE-26-950B)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS (A) AIR HEATER HAND RESET(検出器) (TE-26-951A)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS (B) AIR HEATER HAND RESET(検出器) (TE-26-951B)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS TRAIN (A) INLET TEMP(検出器) (TE-26-30.1A)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS TRAIN (B) INLET TEMP(検出器) (TE-26-30.1B)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS TRAIN (A) OUTLET TEMP(検出器) (TE-26-30.4A)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS TRAIN (B) OUTLET TEMP(検出器) (TE-26-30.4B)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS TRAIN (A) ADSOVER IN TEMP(検出器) (TE-26-921A)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS TRAIN (B) ADSOVER IN TEMP(検出器) (TE-26-921B)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS TRAIN (A) ADSOVER OUT TEMP(検出器) (TE-26-922A)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (18/28)

系 統	設 備	高さ種類
非常用ガス処理系	SGTS TRAIN (B) ADSOVER OUT TEMP(検出器) (TE-26-922B)	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS トレイン(A)入口ダンパ (SB2-9A(A0))	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS トレイン(B)入口ダンパ (SB2-9B(A0))	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS トレイン(A)出口ダンパ (SB2-11A(A0))	評価高さ
非常用ガス処理系	SGTS トレイン(B)出口ダンパ (SB2-11B(A0))	評価高さ
非常用ガス再循環系/非常用ガス処理系	FRVS-SGTS(A)HEATER CONT. PNL (LCP-133)	評価高さ
非常用ガス再循環系/非常用ガス処理系	FRVS-SGTS(B)HEATER CONT. PNL (LCP-134)	評価高さ
非常用ガス再循環系/非常用ガス処理系	FRVS SGTS 系入口ダンパ(SB2-4A) (SB2-4A(A0))	評価高さ
非常用ガス再循環系/非常用ガス処理系	FRVS SGTS 系入口ダンパ(SB2-4B) (SB2-4B(A0))	実力高さ
非常用ディーゼル発電設備	2 C 非常用ディーゼル発電機 (GEN-DG-2C/DGU-2C) (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプを含む)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C 制御盤 (DGCP/2C)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C 中性点接地変圧器盤 (PNL-NGT-2C)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C 自動電圧調整器盤 (PNL-DG-AVR-2C)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C シリコン整流器盤 (PNL-DG-SR-2C)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C 交流リアクトル盤 (PNL-ACX-2C)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C シリコン整流器用変圧器盤 (PNL-SRT-2C)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C 可飽和変流器 (PNL-SCT-2C)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C 始動用電磁弁(No.1) (3-14E147D-1)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C 始動用電磁弁(No.2) (3-14E147D-2)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C INST. RACK (R-56)	実力高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C DIESEL ENGINE INST. RACK (R-65)	実力高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C シリンダー油タンク (DG-VSL-2C-DGLO-2)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C 潤滑油サンプタンク (DG-VSL-2C-DGLO-1)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C潤滑油サンプタンクベント管 (7-6-DGLO-125)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	2 C 非常用ディーゼル発電機燃料油デイトンク (DG-VSL-2C-DO-1)	-
非常用ディーゼル発電設備	2 C 非常用ディーゼル発電機燃料油デイトンクベント管 (3-11/4-DO-120)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	燃料デイトンク液面レベルスイッチ(2C) (DG-LITS-105)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C機関ベント管 (7-8-DGLO-113)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	2 D 非常用ディーゼル発電機 (GEN-DG-2D/DGU-2D) (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプを含む)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (19/28)

系 統	設 備	高さ種類
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D 制御盤 (DGCP/2D)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D 中性点接地変圧器盤 (PNL-NGT-2D)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D 自動電圧調整器盤 (PNL-DG-AVR-2D)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D シリコン整流器盤 (PNL-DG-SR-2D)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D 交流リアクトル盤 (PNL-ACX-2D)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D シリコン整流器用変圧器盤 (PNL-SRT-2D)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D 可飽和変流器 (PNL-SCT-2D)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D 始動用電磁弁 (No. 1) (3-14-E47D-1)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D 始動用電磁弁 (No. 2) (3-14-E47D-2)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D INST. RACK (R-52)	実力高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D DIESEL ENGINE INST. RACK (R-64)	実力高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D シリンダー油タンク (DG-VSL-2D-DGLO-2)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D 潤滑油サンプタンク (DG-VSL-2D-DGLO-1)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D潤滑油サンプタンクベント管 (7-6-DGLO-25)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	2 D非常用ディーゼル発電機燃料油デイトンク (DG-VSL-2D-DO-1)	-
非常用ディーゼル発電設備	2 D非常用ディーゼル発電機燃料油デイトンクベント管 (3-11/4-DO-20)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	燃料デイトンク液面レベルスイッチ (2D) (DG-LITS-5)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D機関ベント管 (7-8-DGLO-13)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C吸気系フィルタ (L側) (DG-2C-AE-FLT-INTAKE-L)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2C吸気系フィルタ (R側) (DG-2C-AE-FLT-INTAKE-R)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D吸気系フィルタ (L側) (DG-2D-AE-FLT-INTAKE-L)	評価高さ
非常用ディーゼル発電設備	DG 2D吸気系フィルタ (R側) (DG-2D-AE-FLT-INTAKE-R)	評価高さ
非常用ディーゼル発電機海水系	2 C非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ (DGSW-PMP-2C)	実力高さ
非常用ディーゼル発電機海水系	2 D非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ (DGSW-PMP-2D)	実力高さ
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機 (GEN-DG-HPCS/DGU-HPCS) (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプを含む)	評価高さ
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備	DG HPCS 制御盤 (DGCP/2H)	評価高さ
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備	HPCS DG 中性点接地変圧器盤 (PNL-NGT-HPCS)	評価高さ
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備	HPCS DG 自動電圧調整器盤 (PNL-DG-AVR-HPCS)	評価高さ
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備	HPCS DG シリコン整流器盤 (PNL-DG-SR-HPCS)	評価高さ
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備	HPCS DG 交流リアクトル盤 (PNL-ACX-HPCS)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (20/28)

系 統	設 備	高さ種類
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	HPCS DG シリコン整流器用変圧器盤 (PNL-SRT-HPCS)	評価高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	HPCS DG 可飽和変流器盤 (PNL-SCT-HPCS)	評価高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	HPCS DG 起動用電磁弁(No.1) (3-14E247D-1)	評価高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	HPCS DG 起動用電磁弁(No.2) (3-14E247D-2)	評価高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	DG HPCS INST. RACK (R-60)	実力高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	DG HPCS DIESEL ENGINE INST. RACK (R-66)	実力高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	HPCS DG シリンダー油タンク (DG-VSL-HPCS-DGLO-2)	評価高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	HPCS DG 潤滑油サンプタンク (DG-VSL-HPCS-DGLO-1)	評価高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	HPCS DG潤滑油サンプタンクベント管 (7-6-DGLO-225)	評価高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料油 デイトンク (DG-VSL-HPCS-DO-1)	-
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料油 デイトンク ベント管 (3-11/4-DO-220)	評価高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	燃料デイトンク液面レベルスイッチ(HPCS) (DG-LITS-205)	評価高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	HPCS DG機関ベント管 (7-8-DGLO-213)	評価高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	HPCS DG吸気系フィルタ (L側) (DG-HPCS-AE-FLT-INTAKE-L)	評価高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電設備	HPCS DG吸気系フィルタ (R側) (DG-HPCS-AE-FLT-INTAKE-R)	評価高さ
高圧炉心スプレ イ系ディーゼル 発電機海水系	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機用海水 ポンプ (DGSW-PMP-HPCS)	実力高さ
ディーゼル室換 気系	DG 2Cルーフベントファン (PV2-10)	評価高さ
ディーゼル室換 気系	DG 2Cルーフベントファン (PV2-11)	評価高さ
ディーゼル室換 気系	DG 2Dルーフベントファン (PV2-6)	評価高さ
ディーゼル室換 気系	DG 2Dルーフベントファン (PV2-7)	評価高さ
ディーゼル室換 気系	DG HPCSルーフベントファン (PV2-8)	評価高さ
ディーゼル室換 気系	DG HPCSルーフベントファン (PV2-9)	評価高さ
ディーゼル室換 気系	2D DG室外気取入ダンパ(A) (A0-T41-F060A)	実力高さ
ディーゼル室換 気系	2D DG室外気取入ダンパ(B) (A0-T41-F060B)	実力高さ
ディーゼル室換 気系	2D DG室外気取入ダンパ(C) (A0-T41-F060C)	実力高さ
ディーゼル室換 気系	2D DG室外気取入ダンパ(D) (A0-T41-F060D)	実力高さ
ディーゼル室換 気系	2D DG室外気取入ダンパ(E) (A0-T41-F060E)	実力高さ
ディーゼル室換 気系	2D DG室外気取入ダンパ(F) (A0-T41-F060F)	実力高さ
ディーゼル室換 気系	2D DG室外気取入ダンパ(A) (A0-T41-F061A)	実力高さ
ディーゼル室換 気系	2D DG室外気取入ダンパ(B) (A0-T41-F061B)	実力高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (21/28)

系 統	設 備	高さ種類
ディーゼル室換気系	2D DG室外気取入ダンパ(C) (A0-T41-F061C)	実力高さ
ディーゼル室換気系	2D DG室外気取入ダンパ(D) (A0-T41-F061D)	実力高さ
ディーゼル室換気系	HVAC D/G 2D EQUIP ROOM VENTILATING SYS. (PNL-T41-P008)	実力高さ
ディーゼル室換気系	HPCS DG室外気取入ダンパ(A) (A0-T41-F062A)	実力高さ
ディーゼル室換気系	HPCS DG室外気取入ダンパ(B) (A0-T41-F062B)	実力高さ
ディーゼル室換気系	HPCS DG室外気取入ダンパ(C) (A0-T41-F062C)	実力高さ
ディーゼル室換気系	HPCS DG室外気取入ダンパ(D) (A0-T41-F062D)	実力高さ
ディーゼル室換気系	HPCS DG室外気取入ダンパ(A) (A0-T41-F063A)	実力高さ
ディーゼル室換気系	HPCS DG室外気取入ダンパ(B) (A0-T41-F063B)	実力高さ
ディーゼル室換気系	HPCS DG室外気取入ダンパ(C) (A0-T41-F063C)	実力高さ
ディーゼル室換気系	HPCS DG室外気取入ダンパ(D) (A0-T41-F063D)	実力高さ
ディーゼル室換気系	HVAC D/G HPCS EQUIP ROOM VENTILATING SYS. (PNL-T41-P009)	実力高さ
ディーゼル室換気系	2C DG室外気取入ダンパ(A) (A0-T41-F064A)	実力高さ
ディーゼル室換気系	2C DG室外気取入ダンパ(B) (A0-T41-F064B)	実力高さ
ディーゼル室換気系	2C DG室外気取入ダンパ(C) (A0-T41-F064C)	実力高さ
ディーゼル室換気系	2C DG室外気取入ダンパ(D) (A0-T41-F064D)	実力高さ
ディーゼル室換気系	2C DG室外気取入ダンパ(A) (A0-T41-F065A)	実力高さ
ディーゼル室換気系	2C DG室外気取入ダンパ(B) (A0-T41-F065B)	実力高さ
ディーゼル室換気系	2C DG室外気取入ダンパ(C) (A0-T41-F065C)	実力高さ
ディーゼル室換気系	2C DG室外気取入ダンパ(D) (A0-T41-F065D)	実力高さ
ディーゼル室換気系	HVAC D/G 2C EQUIP ROOM VENTILATING SYS. (PNL-T41-P010)	実力高さ
ディーゼル発電機燃料油系	燃料移送ポンプ(A) (DO-PMP-A)	評価高さ
ディーゼル発電機燃料油系	燃料移送ポンプ(B) (DO-PMP-B)	評価高さ
ディーゼル発電機燃料油系	燃料移送ポンプ(C) (DO-PMP-C)	評価高さ
ディーゼル発電機燃料油系	軽油貯蔵タンク	評価高さ
ディーゼル発電機燃料油系	軽油貯蔵タンク	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	R/B REFUELING EXHAUST RADIATION MONITOR (A) (検出器) (D17-N300A)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	R/B REFUELING EXHAUST RADIATION MONITOR (B) (検出器) (D17-N300B)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	R/B REFUELING EXHAUST RADIATION MONITOR (C) (検出器) (D17-N300C)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	R/B REFUELING EXHAUST RADIATION MONITOR (D) (検出器) (D17-N300D)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (22/28)

系 統	設 備	高さ種類
プロセス放射線モニタ系	MAIN STEAM LINE (A) RADIATION MONITOR (検出器) (D17-N003A)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	MAIN STEAM LINE (B) RADIATION MONITOR (検出器) (D17-N003B)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	MAIN STEAM LINE (C) RADIATION MONITOR (検出器) (D17-N003C)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	MAIN STEAM LINE (D) RADIATION MONITOR (検出器) (D17-N003D)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	原子炉建屋排気筒モニタ (A) (検出器) (D17-N009A)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	原子炉建屋排気筒モニタ (B) (検出器) (D17-N009B)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	原子炉建屋排気筒モニタ (C) (検出器) (D17-N009C)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	原子炉建屋排気筒モニタ (D) (検出器) (D17-N009D)	評価高さ
ほう酸水注入系	ほう酸水注入ポンプ A (SLC-PMP-C001A)	評価高さ
ほう酸水注入系	ほう酸水注入ポンプ B (SLC-PMP-C001B)	評価高さ
ほう酸水注入系	ほう酸水貯蔵タンク (SLC-VSL-A001)	評価高さ
ほう酸水注入系	SLC 計装ラック (H22-P011)	実力高さ
ほう酸水注入系	SLC 貯蔵タンク出口弁 (A) (C41-F001A(MO))	評価高さ
ほう酸水注入系	SLC 貯蔵タンク出口弁 (B) (C41-F001B(MO))	評価高さ
ほう酸水注入系	SLC 爆破弁 (A) (C41-F004A)	評価高さ
ほう酸水注入系	SLC 爆破弁 (B) (C41-F004B)	評価高さ
ほう酸水注入系	SLC PUMP DISCH PRESS (伝送器) (PT-C41-N004)	評価高さ
ほう酸水注入系	SLC テスト逆止弁バイパス弁 (C41-FF004(AO))	評価高さ
補機冷却海水系	ASW ポンプ (A) (ASW-PMP-A)	実力高さ
補機冷却海水系	ASW ポンプ (B) (ASW-PMP-B)	実力高さ
補機冷却海水系	ASW ポンプ (C) (ASW-PMP-C)	実力高さ
漏えい検出系	MSL AREA DIFF TEMP (A) (検出器) (TE-E31-N029A)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA DIFF TEMP (B) (検出器) (TE-E31-N029B)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA DIFF TEMP (C) (検出器) (TE-E31-N029C)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA DIFF TEMP (D) (検出器) (TE-E31-N029D)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (A) (検出器) (TE-E31-N031A)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (B) (検出器) (TE-E31-N031B)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (C) (検出器) (TE-E31-N031C)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (D) (検出器) (TE-E31-N031D)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA DIFF TEMP (A) (検出器) (TE-E31-N030A)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (23/28)

系 統	設 備	高さ種類
漏えい検出系	MSL AREA DIFF TEMP (B) (検出器) (TE-E31-N030B)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA DIFF TEMP (C) (検出器) (TE-E31-N030C)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA DIFF TEMP (D) (検出器) (TE-E31-N030D)	評価高さ
漏えい検出系	核分裂生成物モニタ系サンプリング弁 (E31-F010A(A0))	評価高さ
漏えい検出系	核分裂生成物モニタ系サンプリング弁 (E31-F011A(A0))	評価高さ
漏えい検出系	核分裂生成物モニタ系サンプリング弁 (E31-F010B(A0))	評価高さ
漏えい検出系	核分裂生成物モニタ系サンプリング弁 (E31-F011B(A0))	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (A) (検出器) (TE-E31-N044A)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (B) (検出器) (TE-E31-N044B)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (C) (検出器) (TE-E31-N044C)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (D) (検出器) (TE-E31-N044D)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (A) (検出器) (TE-E31-N045A)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (B) (検出器) (TE-E31-N045B)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (C) (検出器) (TE-E31-N045C)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (D) (検出器) (TE-E31-N045D)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (A) (検出器) (TE-E31-N046A)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (B) (検出器) (TE-E31-N046B)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (C) (検出器) (TE-E31-N046C)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (D) (検出器) (TE-E31-N046D)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (A) (検出器) (TE-E31-N039A)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (B) (検出器) (TE-E31-N039B)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (C) (検出器) (TE-E31-N039C)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (D) (検出器) (TE-E31-N039D)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (A) (検出器) (TE-E31-N040A)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (B) (検出器) (TE-E31-N040B)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (C) (検出器) (TE-E31-N040C)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (D) (検出器) (TE-E31-N040D)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (A) (検出器) (TE-E31-N041A)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (B) (検出器) (TE-E31-N041B)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (C) (検出器) (TE-E31-N041C)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (24/28)

系 統	設 備	高さ種類
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (D) (検出器) (TE-E31-N041D)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (A) (検出器) (TE-E31-N042A)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (B) (検出器) (TE-E31-N042B)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (C) (検出器) (TE-E31-N042C)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (D) (検出器) (TE-E31-N042D)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (A) (検出器) (TE-E31-N043A)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (B) (検出器) (TE-E31-N043B)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (C) (検出器) (TE-E31-N043C)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (D) (検出器) (TE-E31-N043D)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (A) (検出器) (TE-E31-N047A)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (B) (検出器) (TE-E31-N047B)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (C) (検出器) (TE-E31-N047C)	評価高さ
漏えい検出系	MSL AREA TEMP (D) (検出器) (TE-E31-N047D)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS ブロワ(A) (FCS-HVA-T49-BLOWER-A)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS 再結合器(A) (FCS-HEX-1A)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS 加熱器(A) (FCS-HEX-HTR-A)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	ブロワ(A)入口ガス温度(検出器) (TE-T49-2A)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	加熱管2/3位置(A)ガス温度(検出器) (TE-T49-4A)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	加熱管(A)出口ガス温度(検出器) (TE-T49-5A)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	加熱管(A)出口壁温度(検出器) (TE-T49-6A)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	再結合(A)ガス温度(検出器) (TE-T49-7A)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	再結合器(A)壁温度(検出器) (TE-T49-8A)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	再循環(A)ガス温度(検出器) (TE-T49-9A)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS ヒータ制御盤(A) (PNL-FCS-HEATER-A)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS (A)冷却器冷却水元弁 (E12-FF104A(M0))	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS 冷却器冷却水入口弁 (MV-10A(M0))	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS 入口制御弁 (FV-1A(M0))	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS 再循環制御弁 (FV-2A(M0))	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS(A)系統流量計装	実力高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS ブロワ(B) (FCS-HVA-T49-BLOWER-B)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (25/28)

系 統	設 備	高さ種類
可燃性ガス濃度制御系	FCS 再結合器(B) (FCS-HEX-1B)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS 加熱器(B) (FCS-HEX-HTR-B)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	ブロワ(B)入口ガス温度(検出器) (TE-T49-2B)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	加熱管2/3位置(B)ガス温度(検出器) (TE-T49-4B)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	加熱管(B)出口ガス温度(検出器) (TE-T49-5B)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	加熱管(B)出口壁温度(検出器) (TE-T49-6B)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	再結合(B)ガス温度(検出器) (TE-T49-7B)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	再結合器(B)壁温度(検出器) (TE-T49-8B)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	再循環(B)ガス温度(検出器) (TE-T49-9B)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS ヒータ制御盤(B) (PNL-FCS-HEATER-B)	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS (B) 冷却器冷却水元弁 (E12-FF104B(MO))	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS 冷却器冷却水入口弁 (MV-10B(MO))	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS 入口制御弁 (FV-1B(MO))	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS 再循環制御弁 (FV-2B(MO))	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS (B) 系統流量計装	実力高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS (B)系 入口管隔離弁 (2-43V-1B(MO))	実力高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS (A)系入口管隔離弁 (2-43V-1A(MO))	実力高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS (A)系出口管隔離弁 (2-43V-3A(MO))	実力高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS (A)系出口弁 (2-43V-2A(MO))	実力高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS (B)系出口管隔離弁 (2-43V-3B(MO))	評価高さ
可燃性ガス濃度制御系	FCS (B)系出口弁 (2-43V-2B(MO))	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	原子炉隔離時冷却系原子炉注入弁 (E51-MO-F013)	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC 外側隔離弁 (E51-F064(MO))	実力高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC タービン排気弁 (E51-F068(MO))	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC 真空ポンプ出口弁 (E51-F069(MO))	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC DIV-I 計装ラック (H22-P017)	実力高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC DIV-II 計装ラック (H22-P029)	実力高さ
原子炉隔離時冷却系	原子炉隔離時冷却系ポンプ/タービン (RCIC-PMP-C001/TBN-RCIC-C002)	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC ポンプサブプレッションプール水供給弁 (E51-F031(MO))	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC ミニフロー弁 (E51-F019(MO))	実力高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (26/28)

系 統	設 備	高さ種類
原子炉隔離時冷却系	RCIC 潤滑油クーラー冷却水供給弁 (E51-F046(M0))	実力高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC 蒸気供給弁 (E51-F045(M0))	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC 弁(E51-F045)バイパス弁 (E51-F095(M0))	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC トリップ/スロットル弁 (E51-C002(M0))	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	油圧作動弁 ガバナ弁 (GOVERNING VALVE)	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	ガバナ	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	PUMP DISCHARGE PRESS (スイッチ) (PSH-E51-N020)	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	PUMP DISCHARGE H/L FLOW(伝送器) (FT-E51-N002)	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	FI-E51-N002計器収納箱	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC PUMP DISCHARGE FLOW(伝送器) (FT-E51-N003)	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC 蒸気入口ドレンポット排水弁 (E51-F025(A0))	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC 真空ポンプ (RCIC-PMP-VAC)	実力高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC 復水ポンプ (RCIC-PMP-COND)	実力高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC バキュームタンク復水排水弁 (E51-F004(A0))	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC バキュームタンク復水排水弁 (E51-F005(A0))	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC TURBINE CONTROL BOX (LCP-105)	評価高さ
原子炉隔離時冷却系	RCIC 弁(E51-F065)均圧弁 (E51-FF008(A0))	評価高さ
原子炉建屋換気系	HPCS ポンプ室空調機 (HVAC-AH2-2)	評価高さ
原子炉建屋換気系	HPCS ポンプ室空調機 (HVAC-AH2-1)	評価高さ
原子炉建屋換気系	RHR (B) ポンプ室空調機 (HVAC-AH2-5)	評価高さ
原子炉建屋換気系	RHR (C) ポンプ室空調機 (HVAC-AH2-6)	評価高さ
原子炉建屋換気系	RHR (A) ポンプ室空調機 (HVAC-AH2-7)	評価高さ
原子炉建屋換気系	RCIC ポンプ・タービン室空調機 (HVAC-AH2-4)	評価高さ
原子炉建屋換気系	LPCS ポンプ室空調機 (HVAC-AH2-3)	評価高さ
原子炉建屋換気系	C/S給気隔離ダンパ (通常系) (SB2-1A(A0))	実力高さ
原子炉建屋換気系	C/S給気隔離ダンパ (通常系) (SB2-1B(A0))	実力高さ
原子炉建屋換気系	C/S給気隔離ダンパ (SB2-1C(A0))	実力高さ
原子炉建屋換気系	C/S給気隔離ダンパ (SB2-1D(A0))	実力高さ
原子炉建屋換気系	C/S排気隔離ダンパ (通常系) (SB2-2A(A0))	実力高さ
原子炉建屋換気系	C/S排気隔離ダンパ (通常系) (SB2-2B(A0))	実力高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (27/28)

系 統	設 備	高さ種類
原子炉建屋換気系	C/S排気隔離ダンパ (SB2-2C(A0))	実力高さ
原子炉建屋換気系	C/S排気隔離ダンパ (SB2-2D(A0))	実力高さ
原子炉再循環系	原子炉再循環系(A)計装ラック (H22-P022)	実力高さ
原子炉再循環系	原子炉再循環系(B)計装ラック (H22-P006)	実力高さ
原子炉再循環系	原子炉再循環ポンプ(B)流量制御弁 (B35-F060B-V2(A0))	評価高さ
原子炉再循環系	原子炉再循環ポンプ(B)流量制御弁 (B35-F060B-V4(A0))	評価高さ
原子炉再循環系	原子炉再循環ポンプ(B)流量制御弁 (B35-F060B-V6(A0))	評価高さ
原子炉再循環系	原子炉再循環ポンプ(B)流量制御弁 (B35-F060B-V8(A0))	評価高さ
原子炉再循環系	原子炉再循環ポンプ(A)流量制御弁 (B35-F060A-V1(A0))	評価高さ
原子炉再循環系	原子炉再循環ポンプ(A)流量制御弁 (B35-F060A-V3(A0))	評価高さ
原子炉再循環系	原子炉再循環ポンプ(A)流量制御弁 (B35-F060A-V5(A0))	評価高さ
原子炉再循環系	原子炉再循環ポンプ(A)流量制御弁 (B35-F060A-V7(A0))	評価高さ
原子炉冷却材浄化系	CUW 外側隔離弁 (G33-F004(M0))	評価高さ
高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系注入弁 (E22-M0-F004)	評価高さ
高圧炉心スプレイ系	HPCS DIV-III計装ラック (H22-P024)	実力高さ
高圧炉心スプレイ系	HPCS ポンプ入口弁 (CST側) (E22-F001(M0))	評価高さ
高圧炉心スプレイ系	高圧炉心スプレイ系ポンプ (HPCS-PMP-C001)	実力高さ
高圧炉心スプレイ系	HPCS ミニフロー弁 (E22-F012(M0))	実力高さ
高圧炉心スプレイ系	HPCS ポンプ入口弁 (S/P側) (E22-F015(M0))	評価高さ
高圧炉心スプレイ系	CST WATER LEVEL(伝送器) (LT-E22-N054A)	評価高さ
高圧炉心スプレイ系	CST WATER LEVEL(伝送器) (LT-E22-N054B)	評価高さ
高圧炉心スプレイ系	CST WATER LEVEL(伝送器) (LT-E22-N054C)	評価高さ
高圧炉心スプレイ系	CST WATER LEVEL(伝送器) (LT-E22-N054D)	評価高さ
低圧炉心スプレイ系	低圧炉心スプレイ系注入弁 (E21-M0-F005)	実力高さ
低圧炉心スプレイ系	LPCS 計装ラック (H22-P001)	実力高さ
低圧炉心スプレイ系	低圧炉心スプレイ系ポンプ (LPCS-PMP-C001)	実力高さ
低圧炉心スプレイ系	LPCS ポンプ入口弁 (E21-F001(M0))	評価高さ
低圧炉心スプレイ系	LPCS ミニフロー弁 (E21-F011(M0))	評価高さ
中央制御室制御盤	プロセス放射線モニタ記録計盤 (H13-P600)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (28/28)

系 統	設 備	高さ種類
中央制御室制御盤	非常用炉心冷却系制御盤 (H13-P601)	評価高さ
中央制御室制御盤	原子炉補機制御盤 (H13-P602)	評価高さ
中央制御室制御盤	原子炉制御操作盤 (H13-P603)	評価高さ
中央制御室制御盤	プロセス放射線モニタ計装盤 (H13-P604)	評価高さ
中央制御室制御盤	TIP 制御盤 (H13-P607)	評価高さ
中央制御室制御盤	出力領域モニタ計装盤 (H13-P608)	評価高さ
中央制御室制御盤	原子炉保護系(A)継電器盤 (H13-P609)	評価高さ
中央制御室制御盤	原子炉保護系(B)継電器盤 (H13-P611)	評価高さ
中央制御室制御盤	プロセス計装盤 (H13-P613)	評価高さ
中央制御室制御盤	プロセス計装盤 (H13-P617)	評価高さ
中央制御室制御盤	残留熱除去系 (B), (C) 補助継電器盤 (H13-P618)	評価高さ
中央制御室制御盤	ジェットポンプ計装盤 (H13-P619)	評価高さ
中央制御室制御盤	原子炉隔離時冷却系継電器盤 (H13-P621)	評価高さ
中央制御室制御盤	原子炉格納容器内側隔離系継電器盤 (H13-P622)	評価高さ
中央制御室制御盤	原子炉格納容器外側隔離系継電器盤 (H13-P623)	評価高さ
中央制御室制御盤	高圧炉心スプレイ系継電器盤 (H13-P625)	評価高さ
中央制御室制御盤	自動減圧系 (A) 継電器盤 (H13-P628)	評価高さ
中央制御室制御盤	低圧炉心スプレイ系, 残留熱除去系 (A) 補助継電器盤 (H13-P629)	評価高さ
中央制御室制御盤	自動減圧系 (B) 継電器盤 (H13-P631)	評価高さ
中央制御室制御盤	漏えい検出系操作盤 (H13-P632)	評価高さ
中央制御室制御盤	プロセス放射線モニタ, 起動時領域モニタ (A) 操作盤 (H13-P635)	評価高さ
中央制御室制御盤	プロセス放射線モニタ, 起動時領域モニタ (B) 操作盤 (H13-P636)	評価高さ
中央制御室制御盤	格納容器雰囲気監視系 (A) 操作盤 (H13-P638)	評価高さ
中央制御室制御盤	格納容器雰囲気監視系 (B) 操作盤 (H13-P639)	評価高さ
中央制御室制御盤	漏えい検出系操作盤 (H13-P642)	評価高さ
中央制御室制御盤	サブプレッションプール温度記録計盤 (A) (H13-P689)	評価高さ
中央制御室制御盤	サブプレッションプール温度記録計盤 (B) (H13-P690)	評価高さ
中央制御室制御盤	原子炉保護系 (1A) トリップユニット盤 (H13-P921)	評価高さ
中央制御室制御盤	原子炉保護系 (1B) トリップユニット盤 (H13-P922)	評価高さ
中央制御室制御盤	原子炉保護系 (2A) トリップユニット盤 (H13-P923)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (29/28)

系 統	設 備	高さ種類
中央制御室制御盤	原子炉保護系(2B)トリップユニット盤 (H13-P924)	評価高さ
中央制御室制御盤	緊急時炉心冷却系(DIV-I-1)トリップユニット盤 (H13-P925)	評価高さ
中央制御室制御盤	緊急時炉心冷却系(DIV-II-1)トリップユニット盤 (H13-P926)	評価高さ
中央制御室制御盤	緊急時炉心冷却系(DIV-I-2)トリップユニット盤 (H13-P927)	評価高さ
中央制御室制御盤	高圧炉心スプレイ系トリップユニット盤 (H13-P929)	評価高さ
中央制御室制御盤	所内電気操作盤 (CP-1)	評価高さ
中央制御室制御盤	タービン発電機操作盤 (CP-2)	評価高さ
中央制御室制御盤	タービン補機操作盤 (CP-3)	評価高さ
中央制御室制御盤	タービン補機盤 (CP-4)	評価高さ
中央制御室制御盤	窒素置換-空調換気制御盤 (CP-5)	評価高さ
中央制御室制御盤	非常用ガス処理系, 非常用ガス循環系(A)操作盤 (CP-6A)	評価高さ
中央制御室制御盤	非常用ガス処理系, 非常用ガス循環系(B)操作盤 (CP-6B)	評価高さ
中央制御室制御盤	TURBINE GENERATOR V. B (CP-8)	評価高さ
中央制御室制御盤	タービン補機補助継電器盤 (CP-9)	評価高さ
中央制御室制御盤	発電機・主変圧器保護リレー盤 (CP-10A)	評価高さ
中央制御室制御盤	発電機・主変圧器保護リレー盤 (CP-10B)	評価高さ
中央制御室制御盤	予備変圧器保護リレー盤 (CP-10C)	評価高さ
中央制御室制御盤	タービン補機盤 (CP-11)	評価高さ
中央制御室制御盤	MS I V-L C S (A)制御盤 (CP-13)	評価高さ
中央制御室制御盤	MS I V-L C S (B)制御盤 (CP-14)	評価高さ
中央制御室制御盤	可燃性ガス濃度制御盤(A) (CP-15)	評価高さ
中央制御室制御盤	可燃性ガス濃度制御盤(B) (CP-16)	評価高さ
中央制御室制御盤	送・受電系統制御盤 (CP-30)	評価高さ
中央制御室制御盤	開閉所保護リレー盤 (CP-32)	評価高さ
中央制御室制御盤	原子炉廻り温度記録計盤 (H13-P614)	評価高さ
中性子計装系	起動領域計装 前置増幅器 (H22-P030)	評価高さ
中性子計装系	起動領域計装 前置増幅器 (H22-P031)	評価高さ
中性子計装系	起動領域計装 前置増幅器 (H22-P032)	評価高さ
中性子計装系	起動領域計装 前置増幅器 (H22-P033)	評価高さ
中性子計装系	TIP 駆動装置電気盤 (LCP-200)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (30/28)

系 統	設 備	高さ種類
中性子計装系	TIP N2隔離弁 (C51-S0-F010(電磁弁))	評価高さ
主蒸気隔離弁漏えい抑制系	MSIVステムリークドレン弁(A) (E32-FF009A(MO))	実力高さ
主蒸気隔離弁漏えい抑制系	MSIVステムリークドレン弁(B) (E32-FF009B(MO))	評価高さ
ドライウエル冷却系	ドライウエル冷水入口隔離弁 (7-90V13(MO))	実力高さ
ドライウエル冷却系	ドライウエル冷水出口隔離弁 (7-90V17(MO))	実力高さ
不活性ガス系	PCV PRESS (A) (伝送器) (PT-26-79.51A)	評価高さ
不活性ガス系	PCV PRESS (B) (伝送器) (PT-26-79.51B)	評価高さ
不活性ガス系	PCV PRESS (PT-26-79.53)	評価高さ
不活性ガス系	PCV PRESS (伝送器) (PT-26-79.5R)	評価高さ
不活性ガス系	SUPP CHAMBER PRESS (PT-26-79.52A)	評価高さ
不活性ガス系	SUPP CHAMBER PRESS (PT-26-79.52B)	評価高さ
不活性ガス系	SUPP CHAMBER LEVEL (伝送器) (LT-26-79.5R)	評価高さ
不活性ガス系	SUPP CHAMBER LEVEL (A) (伝送器) (LT-26-79.5A)	評価高さ
不活性ガス系	SUPP CHAMBER LEVEL (B) (伝送器) (LT-26-79.5B)	評価高さ
不活性ガス系	原子炉建屋換気系ベント弁(SB2-14) (2-26B-13(A0))	実力高さ
不活性ガス系	FRVS ベント弁 (SB2-3) (2-26B-14(A0))	実力高さ
不活性ガス系	ドライウエルベント弁 (2-26B-12)	実力高さ
不活性ガス系	ドライウエル 2インチ ベント弁 (2-26V9(A0))	評価高さ
不活性ガス系	サブプレッション・チェンバベント弁 (2-26B-10)	実力高さ
不活性ガス系	サブプレッション・チェンバベント弁 (2-26B-11(A0))	実力高さ
不活性ガス系	サブプレッション・チェンバ真空破壊止め弁 (2-26B-3(A0))	評価高さ
不活性ガス系	サブプレッション・チェンバ真空破壊止め弁 (2-26B-4(A0))	実力高さ
不活性ガス系	サブプレッション・チェンバパージ弁 (2-26B-5(A0))	実力高さ
不活性ガス系	サブプレッション・チェンバN2ガス供給弁 (2-26B-6(A0))	実力高さ
不活性ガス系	エアパージ供給入口弁 (2-26B-1(A0))	実力高さ
不活性ガス系	格納容器パージ弁 (2-26B-2(A0))	実力高さ
不活性ガス系	格納容器/サブプレッション・チェンバN2ガス供給弁 (2-26B-7(A0))	実力高さ
不活性ガス系	N2ガスパージ供給弁 (2-26B-8(A0))	実力高さ
不活性ガス系	格納容器N2ガス供給弁 (2-26B-9(A0))	評価高さ
不活性ガス系	ドライウエル真空破壊弁テスト用電磁弁 (2-26V81(電磁弁))	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (31/28)

系 統	設 備	高さ種類
不活性ガス系	ドライウエル真空破壊弁テスト用電磁弁 (2-26V82(電磁弁))	評価高さ
不活性ガス系	ドライウエル真空破壊弁テスト用電磁弁 (2-26V83(電磁弁))	評価高さ
不活性ガス系	ドライウエル真空破壊弁テスト用電磁弁 (2-26V84(電磁弁))	評価高さ
不活性ガス系	ドライウエル真空破壊弁テスト用電磁弁 (2-26V85(電磁弁))	評価高さ
不活性ガス系	ドライウエル真空破壊弁テスト用電磁弁 (2-26V86(電磁弁))	評価高さ
不活性ガス系	ドライウエル真空破壊弁テスト用電磁弁 (2-26V87(電磁弁))	評価高さ
不活性ガス系	ドライウエル真空破壊弁テスト用電磁弁 (2-26V88(電磁弁))	評価高さ
不活性ガス系	ドライウエル真空破壊弁テスト用電磁弁 (2-26V89(電磁弁))	評価高さ
不活性ガス系	ドライウエル真空破壊弁テスト用電磁弁 (2-26V90(電磁弁))	評価高さ
不活性ガス系	ドライウエル真空破壊弁テスト用電磁弁 (2-26V91(電磁弁))	評価高さ
事故時サンプリング系	D/W内サンプリングバイパス弁 (V25-1008(電磁弁))	評価高さ
試料採取系	格納容器酸素分析系サンプリング弁 (25-51A1(電磁弁))	評価高さ
試料採取系	格納容器酸素分析系サンプリング弁 (25-51A2(電磁弁))	評価高さ
試料採取系	格納容器酸素分析系サンプリング弁 (25-51B1(電磁弁))	評価高さ
試料採取系	格納容器酸素分析系サンプリング弁 (25-51B2(電磁弁))	評価高さ
試料採取系	PLR 炉水サンプリング弁(外側隔離弁) (B35-F020(A0))	評価高さ
試料採取系	格納容器酸素分析系サンプリング弁 (25-51C1(電磁弁))	評価高さ
試料採取系	格納容器酸素分析系サンプリング弁 (25-51C2(電磁弁))	評価高さ
試料採取系	格納容器酸素分析系サンプリング弁 (25-51D1(電磁弁))	評価高さ
試料採取系	格納容器酸素分析系サンプリング弁 (25-51D2(電磁弁))	評価高さ
試料採取系	格納容器酸素分析系排気弁 (25-51E1(電磁弁))	評価高さ
試料採取系	格納容器酸素分析系排気弁 (25-51E2(電磁弁))	評価高さ
放射性廃棄物処理系	原子炉格納容器ドレン系機器ドレン隔離弁(外側) (G13-F132(A0))	評価高さ
放射性廃棄物処理系	原子炉格納容器ドレン系機器ドレン隔離弁(内側) (G13-F133(A0))	評価高さ
放射性廃棄物処理系	原子炉格納容器ドレン系床ドレン隔離弁(外側) (G13-F129(A0))	評価高さ
放射性廃棄物処理系	原子炉格納容器ドレン系床ドレン隔離弁(内側) (G13-F130(A0))	評価高さ
復水移送系	復水移送ポンプ(A) (MUW-PMP-CST-A)	評価高さ
復水移送系	復水移送ポンプ(B) (MUW-PMP-CST-B)	評価高さ
復水移送系	COND TRANS PUMP DISCH PRESS (PT-18-190.5)	評価高さ
復水移送系	CST (A) LEVEL (伝送器) (LT-18-190A)	実力高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (32/28)

系 統	設 備	高さ種類
復水移送系	CST (B) LEVEL (伝送器) (LT-18-190B)	実力高さ
所内電源系	TB 120V AC INST DIST PNL 1	実力高さ
所内電源系	MCC 2A3-1	評価高さ
所内電源系	MCC 2B3-1	評価高さ
所内電源系	PC 2A-3	評価高さ
所内電源系	PC 2B-3	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS PRE HOLD UP (A) プリアンプ (RAM-D17-K020A)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS PRE HOLD UP (B) プリアンプ (RAM-D17-K020B)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS PRE HOLD UP (A) (検出器) (D17-N002A)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS PRE HOLD UP (B) (検出器) (D17-N002B)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS PRE TREATMENT (A) プリアンプ (RAM-D17-K030A)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS PRE TREATMENT (B) プリアンプ (RAM-D17-K030B)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS PRE TREATMENT (A) (検出器) (D17-N022A)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS PRE TREATMENT (B) (検出器) (D17-N022B)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS POST TREATMENT (A) プリアンプ (RAM-D17-K500A)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS POST TREATMENT (B) プリアンプ (RAM-D17-K500B)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS POST TREATMENT SAMPLE RACK (D17-J011)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS POST TREATMENT SAMPLE RACK (D17-J011-1)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	OFF GAS PRE HOLD UP LINEAR (検出器) (D17-N021)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	光変換器盤収納盤 (D17-P112)	実力高さ
プロセス放射線 モニタ系	排気筒モニタ盤 A (D17-P012A)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	排気筒モニタサンプルラック A (D17-P102A)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	主排気筒モニタガスサンプル A (D17-P101A)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	MAIN STACK HI-RANGE RAD DETECTOR (D17-N030)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	排気筒モニタ盤 B (D17-P012B)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	排気筒モニタサンプルラック B (D17-P102B)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	主排気筒モニタガスサンプル B (D17-P101B)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	主排気筒モニタトリチウム回収制御盤 (D17-P103)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	主排気筒モニタトリチウムサンプルラック A (D17-P104)	評価高さ
プロセス放射線 モニタ系	主排気筒モニタトリチウムサンプルラック B (D17-P104)	評価高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (33/28)

系 統	設 備	高さ種類
プロセス放射線モニタ系	主排気筒フィルタラック (D17-013)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	SGTS STACK SAMPLE RACK (D17-P001)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	SGTS STACK GAS SAMPLE RACK (D17-P001-1)	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	SGTS STACK PROCESS RAD MONI PREAMP	評価高さ
プロセス放射線モニタ系	SGTS STACK FILTER RACK (D17-P014)	評価高さ
中央制御室制御盤	OFF GAS CHACOAL SYS. V. B (CP-31)	評価高さ
中央制御室制御盤	TURB. GEN TEST&CHECKOUT V. B (CP-7)	評価高さ
気体廃棄物処理系	OFF GAS SYSTEM INST. RACK (PNL-LR-R-4)	評価高さ
気体廃棄物処理系	OFF GAS PREHEATERS TEMP (TE-23-164)	評価高さ
気体廃棄物処理系	主蒸気式空気抽出器(A) 出口弁 (6-23V1(MO))	評価高さ
気体廃棄物処理系	主蒸気式空気抽出器(B) 出口弁 (6-23V2(MO))	評価高さ
気体廃棄物処理系	オフガスプレヒータ(A) 入口弁 (6-23V5(AO))	評価高さ
気体廃棄物処理系	オフガスプレヒータ(B) 入口弁 (6-23V4(AO))	評価高さ
気体廃棄物処理系	排ガス予熱器(A) 蒸気温度制御弁 (TCV-23-164.1A(AO))	評価高さ
気体廃棄物処理系	排ガス予熱器(B) 蒸気温度制御弁 (TCV-23-164.1B(AO))	評価高さ
気体廃棄物処理系	排ガス空気抽出器(A) 入口弁 (OGC-F019A(AO))	評価高さ
気体廃棄物処理系	排ガス空気抽出器(B) 入口弁 (OGC-F019B(AO))	評価高さ
気体廃棄物処理系	排ガス空気抽出器(A) 再循環圧力制御弁 (PCV-F051A)	評価高さ
気体廃棄物処理系	排ガス空気抽出器(B) 再循環圧力制御弁 (PCV-F051B)	評価高さ
気体廃棄物処理系	排ガス空気抽出器(A) 入口弁 (OGC-F103A(AO))	評価高さ
気体廃棄物処理系	排ガス空気抽出器(B) 入口弁 (OGC-F103B(AO))	評価高さ
気体廃棄物処理系	OFF GAS RECOMBINER HEATER (A)	評価高さ
気体廃棄物処理系	OFF GAS RECOMBINER HEATER (B)	評価高さ
空気抽出系	第1段SJAE(A) 空気入口弁 (6-22V2(MO))	実力高さ
空気抽出系	第1段SJAE(B) 空気入口弁 (6-22V3(MO))	実力高さ
空気抽出系	SJAE 蒸気 BLOCK (AO-7-119A)	評価高さ
空気抽出系	SJAE 蒸気 BLOCK (AO-7-119B)	評価高さ
タービン補助蒸気系	主蒸気式空気抽出器(A) 第1段蒸気入口弁 (6-7V31A(MO))	実力高さ
タービン補助蒸気系	主蒸気式空気抽出器(A) 第2段蒸気入口弁 (6-7V31B(MO))	実力高さ
タービン補助蒸気系	主蒸気式空気抽出器(B) 第1段蒸気入口弁 (6-7V32A(MO))	実力高さ

第1.1-2表 防護対象設備リスト (34/28)

系 統	設 備		高さ種類
タービン補助蒸気系	主蒸気式空気抽出器(B)第2段蒸気入口弁 (6-7V32B(MO))		実力高さ

表3 溢水影響評価対象の重大事故等対処設備リスト (35/8)

設備区分	設備	常設/可搬	溢水防護 区画番号	設置建屋	設置高さ EL.(m)	機能喪失高さ EL.(m)	機能喪失高さ 床上(m)	高さ種類
2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	代替燃料プール冷却系ポンプ	常設						評価高さ
2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	使用済燃料プール監視カメラ	常設						評価高さ
2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置 (エアクーラー)	常設						評価高さ
2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置 (ドライヤー、コンプレッサー)	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ポンプA (RHR-PMP-C002A)	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ポンプB (RHR-PMP-C002B)	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ポンプC (RHR-PMP-C002C)	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系A系注入弁 (E12-M0-F042A)	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系B系注入弁 (E12-M0-F042B)	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系C系注入弁 (E12-M0-F042C)	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	高圧炉心スプレー系ポンプ (HPCS-PMP-C001)	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	高圧炉心スプレー系注入弁 (E22-M0-F004)	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	低圧炉心スプレー系注入弁 (E21-M0-F005)	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	低圧炉心スプレー系ポンプ (LPSC-PMP-C001)	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	原子炉隔離時冷却系ポンプ/タービン (RCIC-PMP-C001/TBN-RCIC-C002)	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	常設高圧代替注水系ポンプ	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	常設低圧代替注水系ポンプ	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	可搬型代替注水大型ポンプ	可搬						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	可搬型代替注水中型ポンプ	可搬						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	代替循環冷却系ポンプA	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	代替循環冷却系ポンプB	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系海水系ポンプA (RHRS-PMP-A)	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系海水系ポンプB (RHRS-PMP-B)	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系海水系ポンプC (RHRS-PMP-C)	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系海水系ポンプD (RHRS-PMP-D)	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	緊急用海水ポンプ	常設						実力高さ
3. 原子炉冷却系統施設	耐圧強化バント系一次隔離弁 (2-26B-90)	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	耐圧強化バント系二次隔離弁 (2-26B-91)	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	原子炉隔離時冷却系原子炉注入弁 (E51-M0-F013)	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	原子炉隔離時冷却系蒸気供給弁 (E51-F045)	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	高圧代替注水系タービン止め弁 (SA13-M0-F300)	常設						評価高さ
3. 原子炉冷却系統施設	ホイールローダ	可搬						評価高さ
4. 計測制御系統施設	水圧制御ユニットアキュムレータ 水圧制御ユニット (東側) (アキュムレータ、窒素容器、スクラム弁 (C12-126, C12-127) 含む)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	水圧制御ユニットアキュムレータ 水圧制御ユニット (西側) (アキュムレータ、窒素容器、スクラム弁 (C12-126, C12-127) 含む)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	ほう酸水注入ポンプA (SLC-PMP-C001A)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	ほう酸水注入ポンプB (SLC-PMP-C001B)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	ほう酸水貯蔵タンク (SLC-VSL-A001)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	起動領域計装 前置増幅器 (H22-P030)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	起動領域計装 前置増幅器 (H22-P031)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	起動領域計装 前置増幅器 (H22-P032)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	起動領域計装 前置増幅器 (H22-P033)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	高圧代替注水系系統流量 (FT-SA13-N006)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) (FT-SA11-N201)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン狭帯域用) (FT-SA11-N200)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) (FT-SA11-N206)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン狭帯域用) (FT-SA11-N207)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系原子炉注水流量 (A系) (FT-SA17-N013A)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系原子炉注水流量 (B系) (FT-SA17-N013B)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系ポンプ入口温度 (TE-SA17-N001A)	常設						評価高さ

表3 溢水影響評価対象の重大事故等対処設備リスト (36/8)

設備区分	設備	常設/可搬	溢水防護 区画番号	設置建屋	設置高さ EL.(m)	機能喪失高さ EL.(m)	機能喪失高さ 床上 (m)	高さ種類
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系ポンプ入口温度 (TE-SA17-N001B)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系熱交換器入口温度 A (TE-E12-N004A)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系熱交換器入口温度 B (TE-E12-N004B)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系熱交換器出口温度 A (TE-E12-N027A)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系熱交換器出口温度 B (TE-E12-N027B)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉隔離時冷却系系統流量 (FT-E51-N003)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	高圧炉心スプレイ系系統流量 (FT-E22-N005) (HPCS DIV-III計装ラック (H22-P024) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	低圧炉心スプレイ系系統流量 (FT-E21-N003) (LPCS 計装ラック (H22-P001) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系系統流量 A (FT-E12-N015A) (RHR DIV-I 計装ラック (H22-P018) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系系統流量 B, C (FT-E12-N015B, N015C) (RHR DIV-II 計装ラック (H22-P021) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力 (PT-B22-N051A) (原子炉水位・圧力計装ラック (H22-P004) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力 (PT-B22-N051B) (原子炉水位・圧力計装ラック (H22-P027) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力 (S A) (PT-B22-N071B, D)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力 (S A) (PT-B22-N071A, C)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (広帯域) (LT-B22-N091A, C) (原子炉水位・圧力計装ラック (H22-P026) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (広帯域) (LT-B22-N079B, D)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (広帯域) (LT-B22-N091B, D) (原子炉水位・圧力計装ラック (H22-P027) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (広帯域) (LT-B22-N079A, C)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (燃料域) (LT-B22-N044A) (ジェットポンプループ(A)計装ラック (H22-P010) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (燃料域) (LT-B22-N044B) (ジェットポンプループ(B)計装ラック (H22-P009) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (S A 広帯域) (LT-B22-N010)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (S A 燃料域) (LT-B22-N020)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	ドライウェル圧力 (PT-26-79.60)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	サブプレッション・チェンバ圧力 (PT-26-79.61)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	格納容器内水素濃度 (S A) (H2E-SA19-N002A)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	格納容器内水素濃度 (S A) (H2E-SA19-N002B)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	格納容器内酸素濃度 (S A) (O2E-SA19-N001A)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	格納容器内酸素濃度 (S A) (O2E-SA19-N001B)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	代替淡水貯槽水位 (LT-SA11-N0212)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	西側淡水貯水設備水位 (LT-SA11-N230)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	西側淡水貯水設備水位 (LT-SA11-N231)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) (FT-SA11-N202)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用) (FT-SA11-N208)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系格納容器下部注水流量 (FT-SA11-N204)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量 (TE-SA17-N018A)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量 (TE-SA17-N018B)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	サブプレッション・プール水位 (LT-26-79.60)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉建屋水素濃度 (H2E-SA16-N004)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉建屋水素濃度 (H2E-SA16-N005)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉建屋水素濃度 (H2E-SA16-N001)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉建屋水素濃度 (H2E-SA16-N002)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉建屋水素濃度 (H2E-SA16-N003)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	自動減圧系の起動阻止スイッチ (非常用炉心冷却系制御盤 (H13-P601) に配置)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	A T W S 緩和設備 (代替制御棒挿入機能)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	A T W S 緩和設備 (代替再循環系ポンプトリップ機能)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	過渡時自動減圧機能	常設						評価高さ

表3 溢水影響評価対象の重大事故等対処設備リスト (37/8)

設備区分	設備	常設/可搬	溢水防護 区画番号	設置建屋	設置高さ EL.(m)	機能喪失高さ EL.(m)	機能喪失高さ 床上(m)	高さ種類
4. 計測制御系統施設	再循環系ポンプ遮断器手動スイッチ (原子炉制御盤 (H13-P603) に配置)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	再循環系ポンプ遮断器手動スイッチ (原子炉補機制御盤 (H13-P602) に配置)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	低速度用電源装置遮断器手動スイッチ (原子炉補機制御盤 (H13-P602) に配置)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	非常用室素供給系A系高圧室素ポンベ	可搬						-
4. 計測制御系統施設	非常用室素供給系B系高圧室素ポンベ	可搬						-
4. 計測制御系統施設	非常用逃がし安全弁駆動系A系高圧室素ポンベ	可搬						-
4. 計測制御系統施設	非常用逃がし安全弁駆動系B系高圧室素ポンベ	可搬						-
4. 計測制御系統施設	衛星電話設備 (可搬型) (待避室)	可搬						評価高さ
4. 計測制御系統施設	データ表示装置 (待避室)	可搬						評価高さ
4. 計測制御系統施設	酸素濃度計	可搬						評価高さ
4. 計測制御系統施設	二酸化炭素濃度計	可搬						評価高さ
4. 計測制御系統施設	可搬型照明 (S A)	可搬						評価高さ
4. 計測制御系統施設	再循環系ポンプ遮断器A	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	再循環系ポンプ遮断器B	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	再循環系ポンプ低速度用電源装置遮断器A, B	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	フィルタ装置入口水素濃度	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	静的触媒式水素再結合器動作監視装置	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	フィルタ装置水位 (LT-SA14-N101A, LT-SA14-N101B)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	フィルタ装置圧力 (PT-SA14-N102)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	フィルタ装置スクラビング水温度 (TE-SA14-N103)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系海水系系統流量 (FT-E12-N007A)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系海水系系統流量 (FT-E12-N007B)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交換器) (FT-SA21-N011)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	緊急用海水系流量 (残留熱除去系補機) (FT-SA21-N015)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力(PT-SA13-N005) (RCIC DIV-I 計装ラック (H22-P017) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 (PT-SA11-N213A, B)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力A (PT-SA17-N005A)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力B (PT-SA17-N005B)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力(PT-E51-N004) (RCIC DIV-I 計装ラック (H22-P017) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	高圧炉心スプレィ系ポンプ吐出圧力(PT-E22-N004) (HPCS DIV-III 計装ラック (H22-P024) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系ポンプ吐出圧力(PT-E12-N056A) (RHR DIV-I 計装ラック (H22-P018) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系ポンプ吐出圧力(PT-E12-N056B, C) (RHR DIV-II 計装ラック (H22-P021) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	低圧炉心スプレィ系ポンプ吐出圧力(PT-E21-N052) (LPCS 計装ラック (H22-P001) に格納)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	安全パラメータ表示システム (S P D S)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	可搬型計測器 (原子炉圧力容器及び原子炉格納容器内の 温度, 圧力, 水位及び流量 (注水量) 計測用)	可搬						評価高さ
4. 計測制御系統施設	可搬型計測器 (原子炉圧力容器及び原子炉格納容器内の 温度, 圧力, 水位及び流量 (注水量) 計測用)	可搬						実力高さ
4. 計測制御系統施設	可搬型計測器 (原子炉圧力容器及び原子炉格納容器内の 圧力, 水位及び流量 (注水量) 計測用)	可搬						評価高さ
4. 計測制御系統施設	可搬型計測器 (原子炉圧力容器及び原子炉格納容器内の 圧力, 水位及び流量 (注水量) 計測用)	可搬						実力高さ
4. 計測制御系統施設	M/C 2 C 電圧 (6.9kV SWGR, 2C)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	M/C 2 D 電圧 (6.9kV SWGR, 2D)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	M/C H P C S 電圧 (6.9kV SWGR, HPCS)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	P/C 2 C 電圧 (480V PWR, CTR, 2C)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	P/C 2 D 電圧 (480V PWR, CTR, 2D)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	緊急用M/C電圧	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	緊急用P/C電圧	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	直流125V主母線盤2 A電圧 (直流 125V 充電器(2A) (125V DC 2A BATT. CHARGER) に配置)	常設						評価高さ

表3 溢水影響評価対象の重大事故等対処設備リスト (38/8)

設備区分	設備	常設/可搬	溢水防護 区画番号	設置建屋	設置高さ EL.(m)	機能喪失高さ EL.(m)	機能喪失高さ 床上(m)	高さ種類
4. 計測制御系統施設	直流125V主母線盤2 B電圧 (直流 125V 充電器(2B) (125V DC 2B BATT. CHARGER) に配置)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	直流125V主母線盤H P C S電圧 (直流 125V 充電器(HPCS) (125V DC HPCS BATT. CHARGER) に配置)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	直流±24V中性子モニタ用分電盤2 A電圧 (直流 ±24V 充電器(2A) (24V DC 2A BATT. CHARGER) に配置)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	直流±24V中性子モニタ用分電盤2 B電圧 (直流 ±24V 充電器(2B) (24V DC 2B BATT. CHARGER) に配置)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	緊急用直流125V主母線盤電圧	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	非常用窒素供給系A系供給圧力	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	非常用窒素供給系B系供給圧力	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	非常用窒素供給系A系高压窒素ボンベ圧力	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	非常用窒素供給系B系高压窒素ボンベ圧力	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	非常用逃がし安全弁駆動系A系供給圧力	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	非常用逃がし安全弁駆動系B系供給圧力	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	非常用逃がし安全弁駆動系A系高压窒素ボンベ圧力	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	非常用逃がし安全弁駆動系B系高压窒素ボンベ圧力	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	携行型有線通話装置	可搬						評価高さ
4. 計測制御系統施設	衛星電話設備(固定型)(東海, 東海第二発電所共用)	常設						評価高さ
4. 計測制御系統施設	衛星電話設備(携帯型)(東海, 東海第二発電所共用)	可搬						評価高さ
4. 計測制御系統施設	無線連絡設備(携帯型)	可搬						評価高さ
4. 計測制御系統施設	統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備 (テレビ会議システム, I P電話, I P-F A X) (東海, 東海第二発電所共用)	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	データ伝送設備	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	格納容器内雰囲気ガスサンプリング装置	常設						実力高さ
4. 計測制御系統施設	格納容器内雰囲気ガスサンプリング装置	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	フィルタ装置出口放射線モニタ(低レンジ) (RE-SA14-N501)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ) (RE-SA14-N500)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ) (RE-SA14-N502)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	耐圧強化ベント系放射線モニタ (RE-D17-N700A, B)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	緊急時対策所エアモニタ	可搬						評価高さ
6. 放射線管理施設	使用済燃料プールエア放射線モニタ(低レンジ) (RE-SA20-N030)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	使用済燃料プールエア放射線モニタ(高レンジ) (RE-SA20-N300)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	可搬型モニタリング・ポスト	可搬						評価高さ
6. 放射線管理施設	β線サーベイ・メータ	可搬						評価高さ
6. 放射線管理施設	N a I シンチレーションサーベイ・メータ	可搬						評価高さ
6. 放射線管理施設	Z n S シンチレーションサーベイ・メータ	可搬						評価高さ
6. 放射線管理施設	電離箱サーベイ・メータ	可搬						評価高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室換気系空調和機ファンA (HVAC-AH2-9A)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室換気系空調和機ファンB (HVAC-AH2-9B)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室換気系フィルタ系ファン (HVAC-E2-14A)	常設						評価高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室換気系フィルタ系ファン (HVAC-E2-14B)	常設						評価高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室換気系フィルタユニットA (HVAC-FLT-A)	常設						評価高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室換気系フィルタユニットB (HVAC-FLT-B)	常設						評価高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室待避室空気ポンベ	可搬						-
6. 放射線管理施設	緊急時対策所加圧設備	可搬						-
6. 放射線管理施設	緊急時対策所非常用送風機A	常設						評価高さ
6. 放射線管理施設	緊急時対策所非常用送風機B	常設						評価高さ
6. 放射線管理施設	緊急時対策所非常用フィルタ装置A	常設						評価高さ
6. 放射線管理施設	緊急時対策所非常用フィルタ装置B	常設						評価高さ
6. 放射線管理施設	第二弁操作室空気ポンベ	可搬						-
6. 放射線管理施設	第二弁操作室差圧計	常設						評価高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室待避室差圧計	常設						評価高さ
6. 放射線管理施設	可搬型ダスト・よう素サンブラ	可搬						評価高さ

表3 溢水影響評価対象の重大事故等対処設備リスト (39/8)

設備区分	設備	常設/可搬	溢水防護 区画番号	設置建屋	設置高さ EL.(m)	機能喪失高さ EL.(m)	機能喪失高さ 床上(m)	高さ種類
6. 放射線管理施設	小型船舶	可搬						評価高さ
6. 放射線管理施設	可搬型気象観測設備	可搬						評価高さ
6. 放射線管理施設	緊急時対策用差圧計	常設						評価高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室給気隔離弁 (SB2-18A)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室給気隔離弁 (SB2-18B)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室給気隔離弁 (SB2-19A)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室給気隔離弁 (SB2-19B)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室排気隔離弁 (SB2-20A)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	中央制御室排気隔離弁 (SB2-20B)	常設						実力高さ
6. 放射線管理施設	可搬型モニタリング・ポスト端末	可搬						評価高さ
6. 放射線管理施設	可搬型気象観測設備端末	可搬						評価高さ
7. 原子炉格納施設	非常用ガス再循環系排風機A (HVAC-E2-13A)	常設						評価高さ
7. 原子炉格納施設	非常用ガス再循環系排風機B (HVAC-E2-13B)	常設						評価高さ
7. 原子炉格納施設	非常用ガス再循環系フィルタトレインA (FRVS-FLT-A)	常設						評価高さ
7. 原子炉格納施設	非常用ガス再循環系フィルタトレインB (FRVS-FLT-A)	常設						評価高さ
7. 原子炉格納施設	非常用ガス処理系排風機A (HVAC-E2-10A)	常設						実力高さ
7. 原子炉格納施設	非常用ガス処理系排風機B (HVAC-E2-10B)	常設						実力高さ
7. 原子炉格納施設	非常用ガス処理系フィルタトレインA (SGTS-FLT-A)	常設						評価高さ
7. 原子炉格納施設	非常用ガス処理系フィルタトレインB (SGTS-FLT-B)	常設						評価高さ
7. 原子炉格納施設	窒素供給装置	可搬						評価高さ
7. 原子炉格納施設	ドライウェルベント弁 (2-26B-12)	常設						実力高さ
7. 原子炉格納施設	サブプレッション・チェンバベント弁 (2-26B-10)	常設						実力高さ
7. 原子炉格納施設	第二弁 (SA14-F001A)	常設						評価高さ
7. 原子炉格納施設	第二弁バイパス弁 (SA14-F001B)	常設						評価高さ
7. 原子炉格納施設	ブローアウトパネル閉止装置	常設						実力高さ
7. 原子炉格納施設	ブローアウトパネル閉止装置	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 C非常用ディーゼル発電機燃料油デイトンク (DG-VSL-2C-D0-1)	常設						-
8. 1. 非常用電源設備	2 C非常用ディーゼル発電機燃料油デイトンクベント管 (3-11/4-D0-120)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 D非常用ディーゼル発電機燃料油デイトンク (DG-VSL-2D-D0-1)	常設						-
8. 1. 非常用電源設備	2 D非常用ディーゼル発電機燃料油デイトンクベント管 (3-11/4-D0-20)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 C非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 D非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	軽油貯蔵タンク A	常設						-
8. 1. 非常用電源設備	軽油貯蔵タンク A ベント管	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	軽油貯蔵タンク B	常設						-
8. 1. 非常用電源設備	軽油貯蔵タンク B ベント管	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 C非常用ディーゼル発電機 (GEN-DG-2C/DGU-2C) (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプを含む)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 D非常用ディーゼル発電機 (GEN-DG-2D/DGU-2D) (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプを含む)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 C非常用ディーゼル発電機励磁装置 (中性点接地変圧器盤, 自動電圧調整器盤, シリコン整流器盤, 交流リアクトル盤及びシリコン整流器用変圧器盤を含む)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 D非常用ディーゼル発電機励磁装置 (中性点接地変圧器盤, 自動電圧調整器盤, シリコン整流器盤, 交流リアクトル盤及びシリコン整流器用変圧器盤を含む)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 C非常用ディーゼル発電機保護継電装置 (DG 2C 制御盤)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 C非常用ディーゼル発電機保護継電装置 (6.9kV SWGR, 2C)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 D非常用ディーゼル発電機保護継電装置 (DG 2D 制御盤)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 D非常用ディーゼル発電機保護継電装置 (6.9kV SWGR, 2D)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 C非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ (DGSW-PMP-2C)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	2 D非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ (DGSW-PMP-2D)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料油デイトンク (DG-VSL-HPCS-D0-1)	常設						-
8. 1. 非常用電源設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料油デイトンクベント管 (3-11/4-D0-220)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	常設						実力高さ

表3 溢水影響評価対象の重大事故等対処設備リスト (40/8)

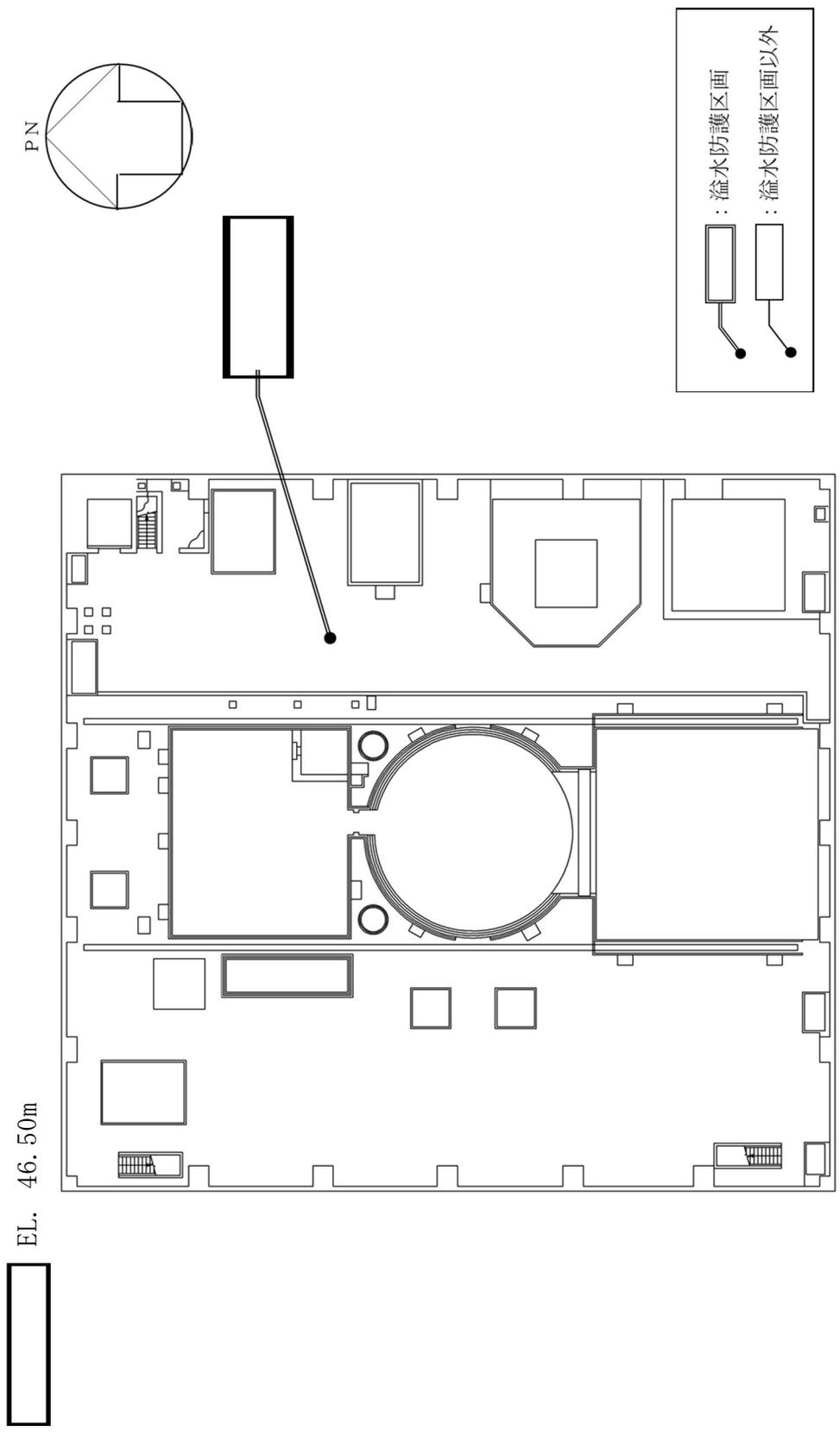
設備区分	設備	常設/可搬	溢水防護 区画番号	設置建屋	設置高さ EL.(m)	機能喪失高さ EL.(m)	機能喪失高さ 床上(m)	高さ種類
8. 1. 非常用電源設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機 (GEN-DG-HPCS/DGU-HPCS) (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプを含む)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機励磁装置 (中性点接地変圧器盤, 自動電圧調整器盤, シリコン整流器盤, 交流リアクトル盤及びシリコン整流器用変圧器盤を含む)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機保護継電装置 (DG HPCS 制御盤)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機保護継電装置 (6.9kV SWGR, HPCS)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機用海水ポンプ (DGSW-PMP-HPCS)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	No.1 常設代替高圧電源装置 (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置, 保護継電装置含む)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	No.2 常設代替高圧電源装置 (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置, 保護継電装置含む)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	No.3 常設代替高圧電源装置 (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置, 保護継電装置含む)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	No.4 常設代替高圧電源装置 (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置, 保護継電装置含む)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	No.5 常設代替高圧電源装置 (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置, 保護継電装置含む)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	No.6 常設代替高圧電源装置 (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置, 保護継電装置含む)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油サービスタンク A	常設						-
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油サービスタンク A ベント管	常設						実力高さ

表3 溢水影響評価対象の重大事故等対処設備リスト (41/8)

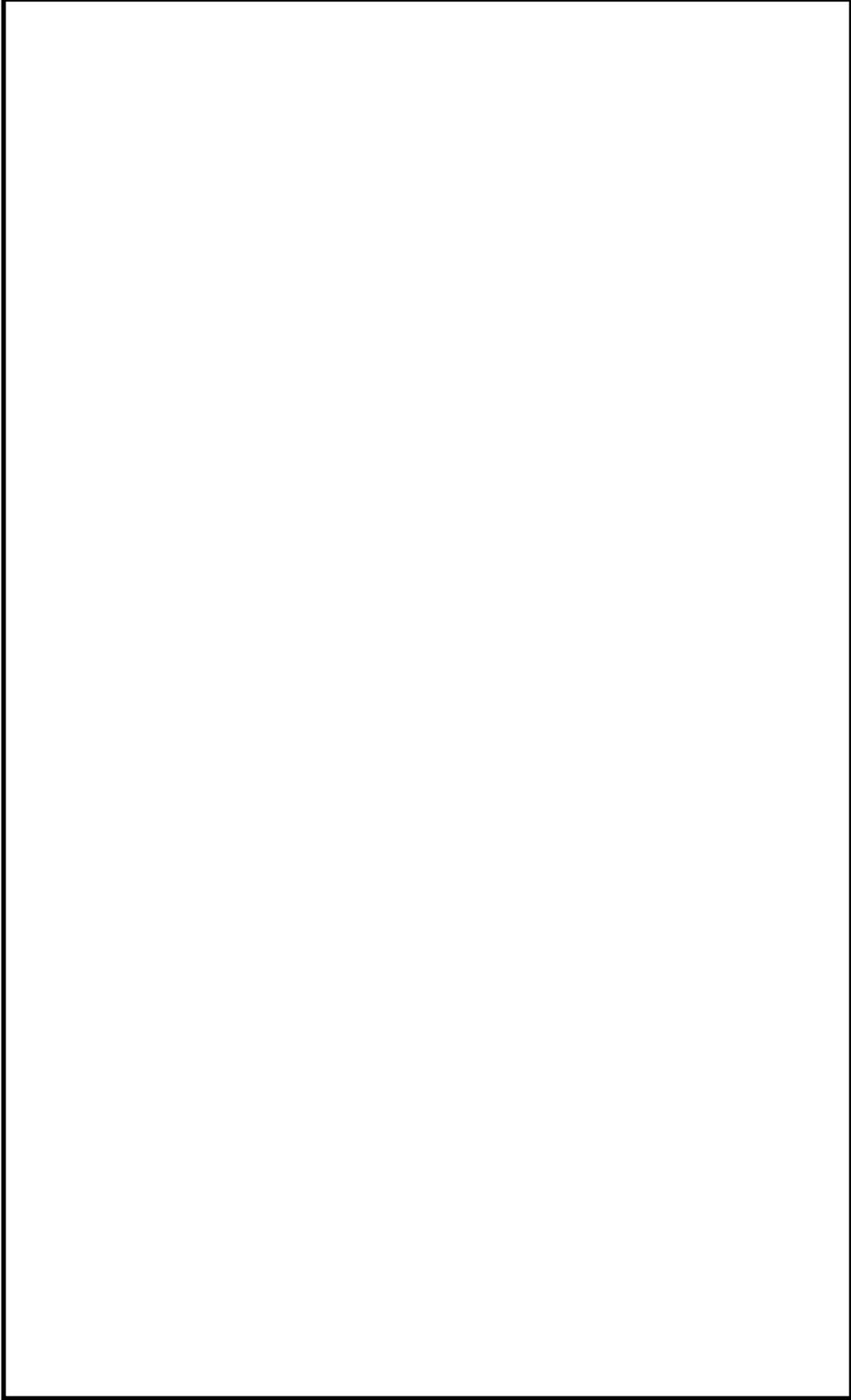
設備区分	設備	常設/可搬	溢水防護 区画番号	設置建屋	設置高さ EL.(m)	機能喪失高さ EL.(m)	機能喪失高さ 床上(m)	高さ種類
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油サービスタンク B	常設						-
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油サービスタンク B ベント管	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機給油ポンプ	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機給油ポンプ	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク A	常設						-
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク A ベント管	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク B	常設						-
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク B ベント管	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機 2 A (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置を含む)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機 2 B (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置を含む)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機保護継電装置	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機保護継電装置	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車 (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置, 保護継電装置含む)	可搬						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	窒素供給装置用電源車 (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置, 保護継電装置含む)	可搬						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	非常用無停電電源装置 A	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	非常用無停電電源装置 B	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用無停電電源装置	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	可搬型整流器	可搬						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	125V系蓄電池 A系 (125V DC 2A BATTERY)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	125V系蓄電池 B系 (125V DC 2B BATTERY)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	125V系蓄電池 B系 (125V DC 2B BATTERY)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	125V系蓄電池 H P C S系 (125V DC HPCS BATTERY)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	中性子モニタ用蓄電池 (2A) (24V DC 2A BATTERY)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	中性子モニタ用蓄電池 (2B) (24V DC 2B BATTERY)	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用125V系蓄電池	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用125V系蓄電池	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用125V系蓄電池	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	逃がし安全弁用可搬型蓄電池	可搬						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	メタルクラッド開閉装置 (2C) (6.9kV SWGR, 2C)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	メタルクラッド開閉装置 (2D) (6.9kV SWGR, 2D)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	パワーセンタ (2C) (480V PWR, CTR, 2C)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	パワーセンタ (2D) (480V PWR, CTR, 2D)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (MCC 2C-9)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (MCC 2D-9)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (MCC 2C-7, MCC 2C-8)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (MCC 2D-7, MCC 2D-8)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (MCC 2C-3, MCC 2C-5)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (MCC 2D-3, MCC 2D-5)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (MCC 2C-6, MCC 2D-6)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (MCC 2C-4)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (MCC 2D-4)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	動力変圧器 (2C) (480V PWR, CTR, 2C)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	動力変圧器 (2D) (480V PWR, CTR, 2D)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	メタルクラッド開閉装置HPCS (6.9kV SWGR, HPCS)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタHPCS (MCC HPCS)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	動力変圧器HPCS (MCC HPCS)	常設						評価高さ

表3 溢水影響評価対象の重大事故等対処設備リスト (42/8)

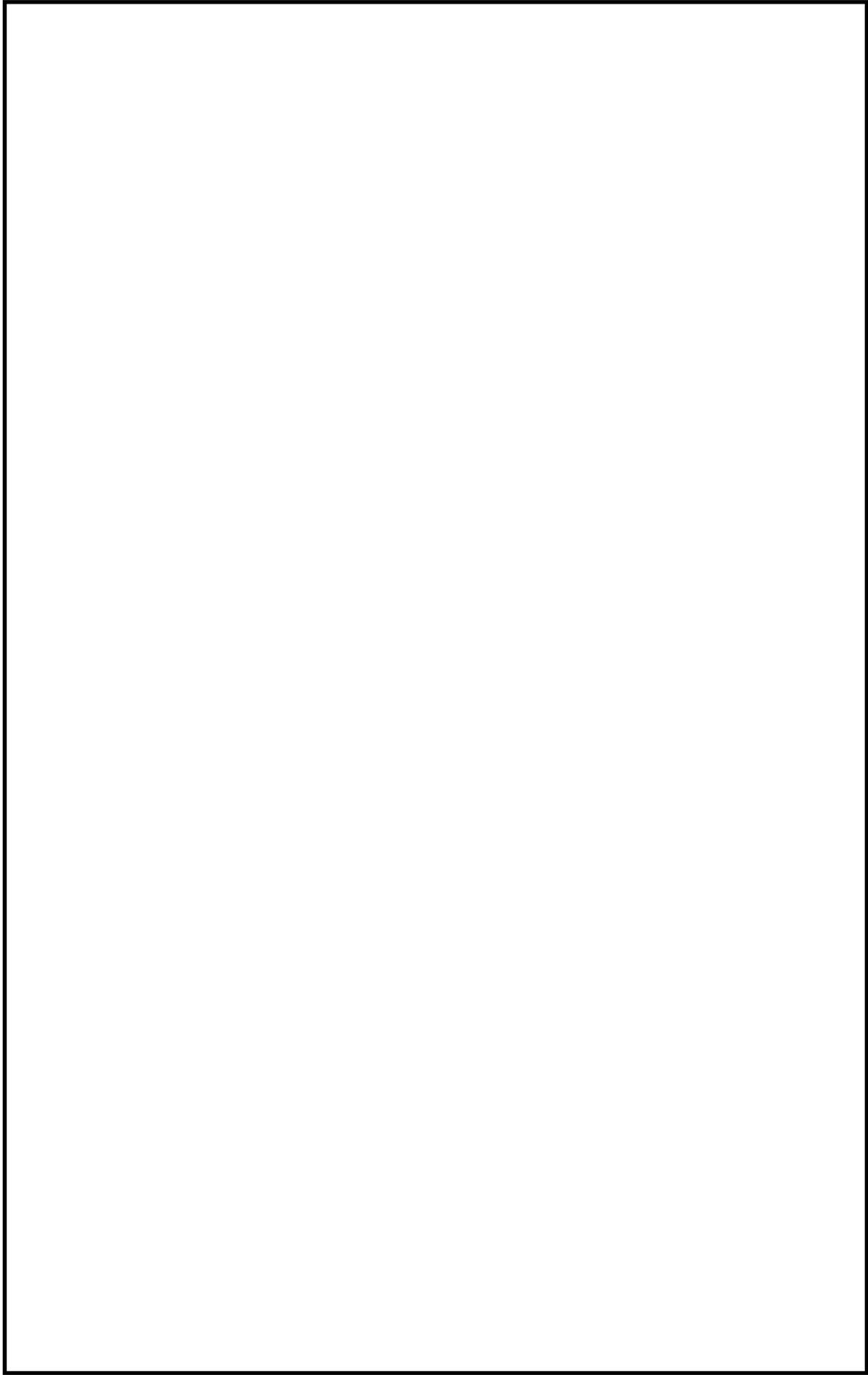
設備区分	設備	常設/可搬	溢水防護 区画番号	設置建屋	設置高さ EL.(m)	機能喪失高さ EL.(m)	機能喪失高さ 床上(m)	高さ種類
8. 1. 非常用電源設備	緊急用メタルクラッド開閉装置	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用パワーセンタ	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用直流125V主母線盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用モータコントロールセンタ 1	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用モータコントロールセンタ 2	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用モータコントロールセンタ 3	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用断路器	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用動力変圧器	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用計装交流主母線盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用電源切替盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用電源切替盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用電源切替盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用無停電計装分電盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用直流125V充電器	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用直流125Vモータコントロールセンタ	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急用直流125V計装分電盤	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	常設代替高圧電源装置遠隔操作盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用メタルクラッド開閉装置	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用動力変圧器	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用パワーセンタ	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用モータコントロールセンタ	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用100V分電盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用100V分電盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用100V分電盤	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用直流125V主母線盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用直流125V分電盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用災害対策本部操作盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	緊急時対策所用非常用換気空調設備操作盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車接続盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車接続盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	可搬型代替直流電源設備用電源切替盤	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	直流125V主母線盤(2A) (直流 125V 充電器(2A) (125V DC 2A BATT. CHARGER) に配置)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	直流125V主母線盤(2B) (直流 125V 充電器(2B) (125V DC 2B BATT. CHARGER) に配置)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	可搬型整流器用変圧器	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	可搬型整流器用変圧器	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	直流125Vモータコントロールセンタ (125V DC MCC 2A-2)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	直流125Vモータコントロールセンタ (125V DC MCC 2A-1)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	非常用無停電計装分電盤	常設						実力高さ
8. 1. 非常用電源設備	直流125V主母線盤HPCS (直流 125V 充電器(HPCS) (125V DC HPCS BATT. CHARGER) に配置)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	直流±24V中性子モニタ用分電盤(2A) (直流 ±24V 充電器(2A) (24V DC 2A BATT. CHARGER) に配置)	常設						評価高さ
8. 1. 非常用電源設備	直流±24V中性子モニタ用分電盤(2B) (直流 ±24V 充電器(2B) (24V DC 2B BATT. CHARGER) に配置)	常設						評価高さ
8. 6. 補機駆動用燃料設備	可搬型設備用軽油タンクA～D	常設						-
8. 6. 補機駆動用燃料設備	可搬型設備用軽油タンクA～D ベント管	常設						実力高さ
8. 6. 補機駆動用燃料設備	可搬型設備用軽油タンクE～H	常設						-
8. 6. 補機駆動用燃料設備	可搬型設備用軽油タンクE～H ベント管	常設						実力高さ
8. 6. 補機駆動用燃料設備	タンクローリ	可搬						評価高さ
8. 9. 緊急時対策所	酸素濃度計	可搬						評価高さ
8. 9. 緊急時対策所	二酸化炭素濃度計	可搬						評価高さ



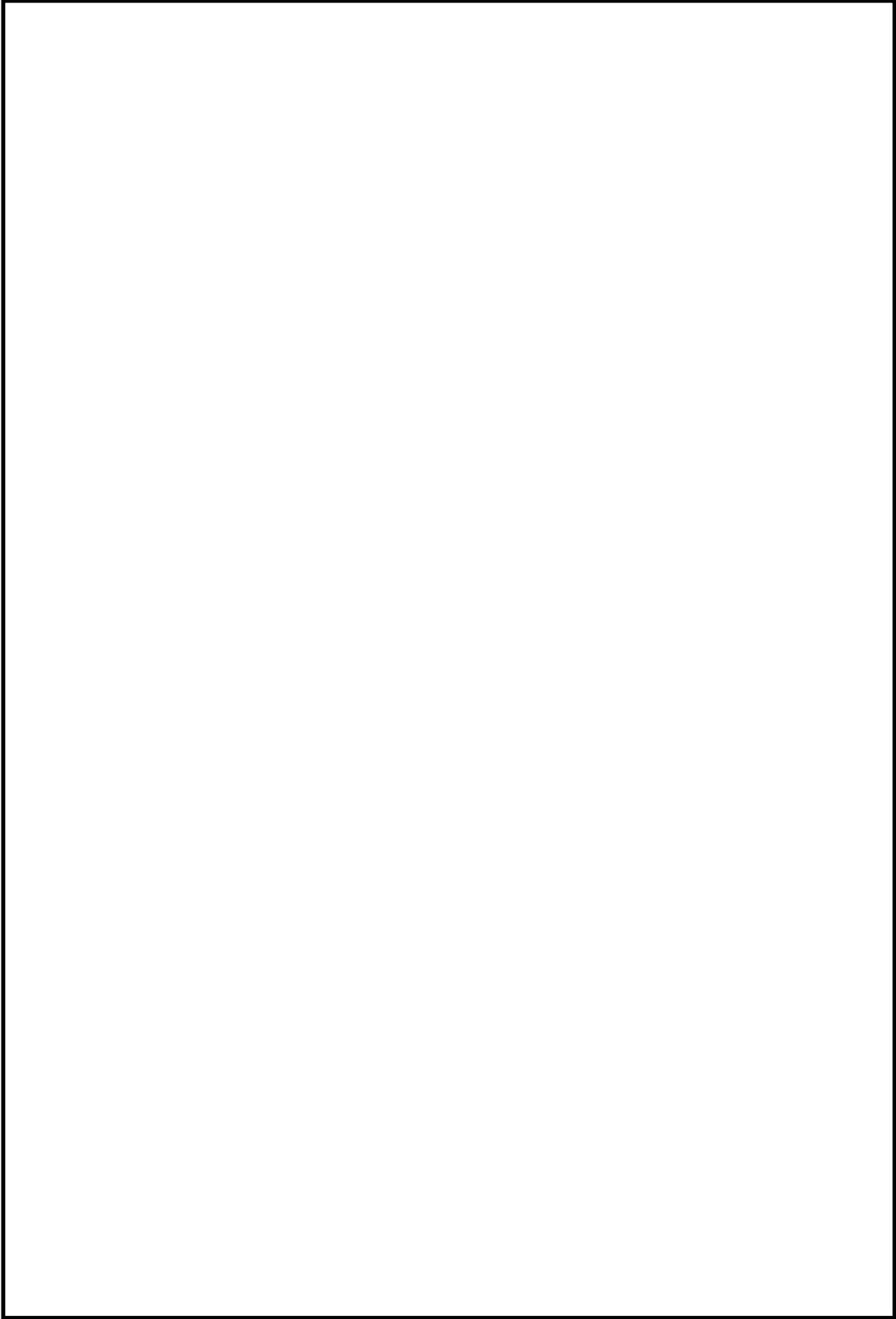
第 1.1-1 図 区画図 (1/29)



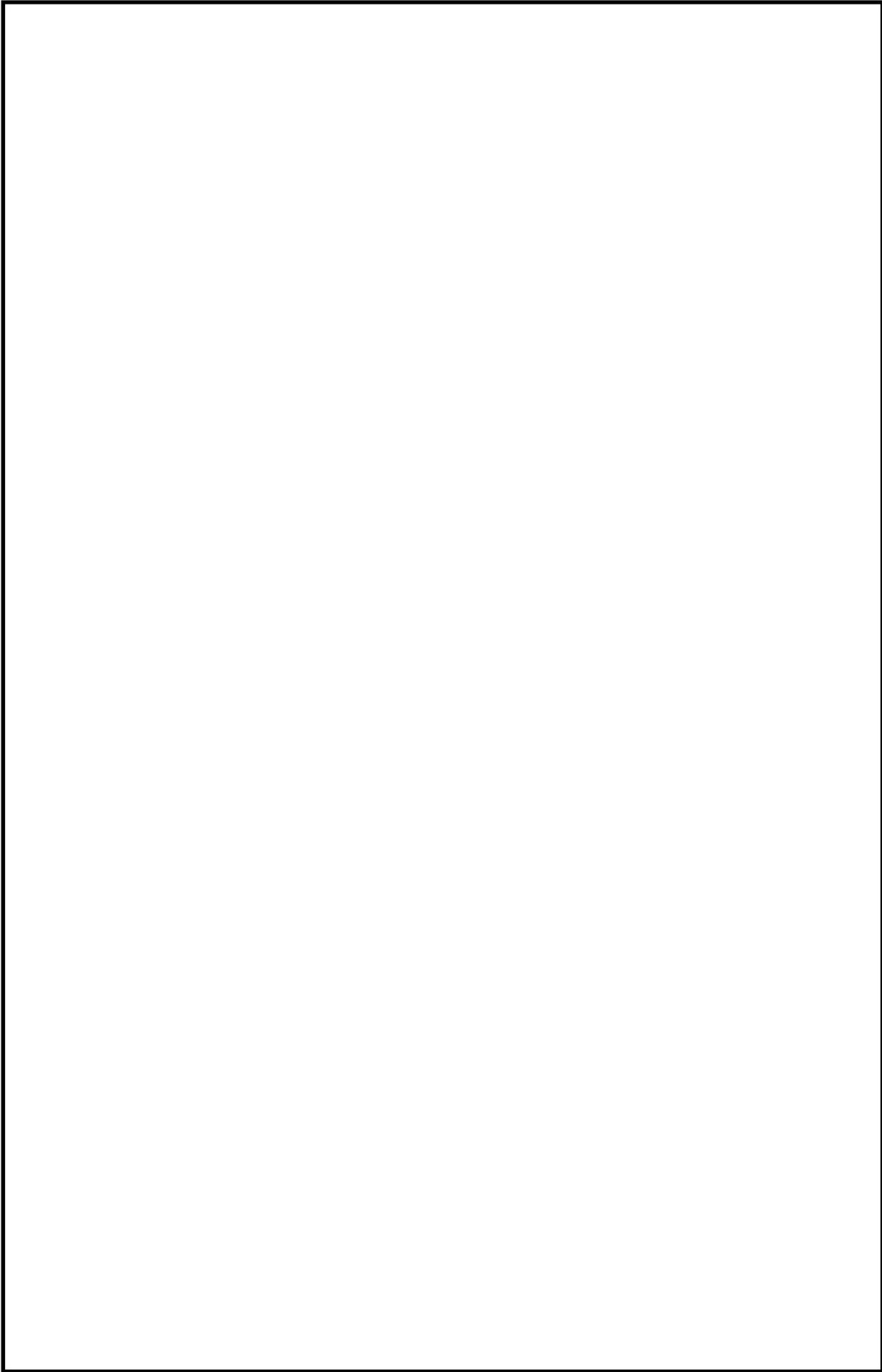
第 1.1-1 区画図 (2/29)



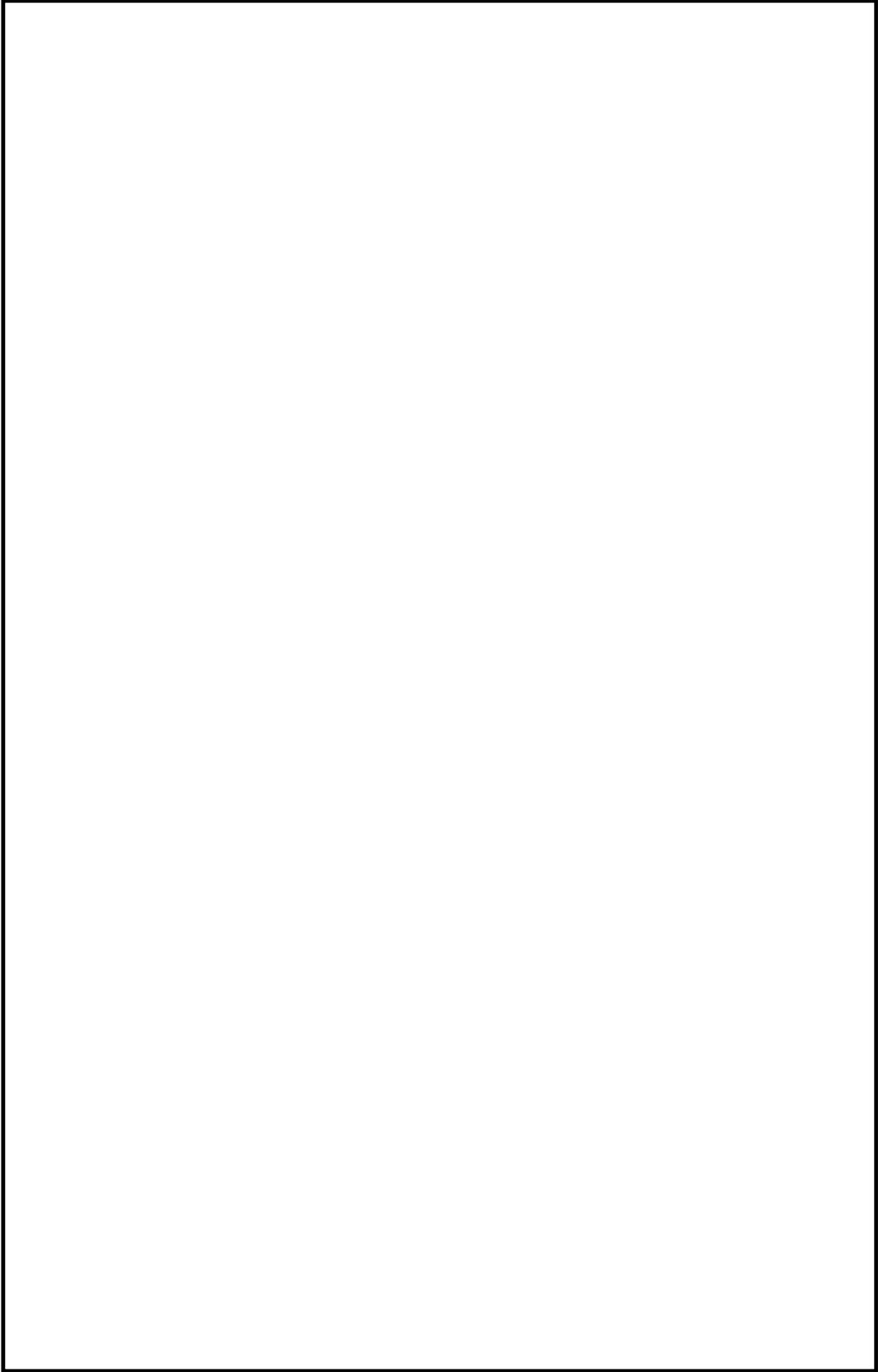
第 1.1-1 図 区画図 (3/29)



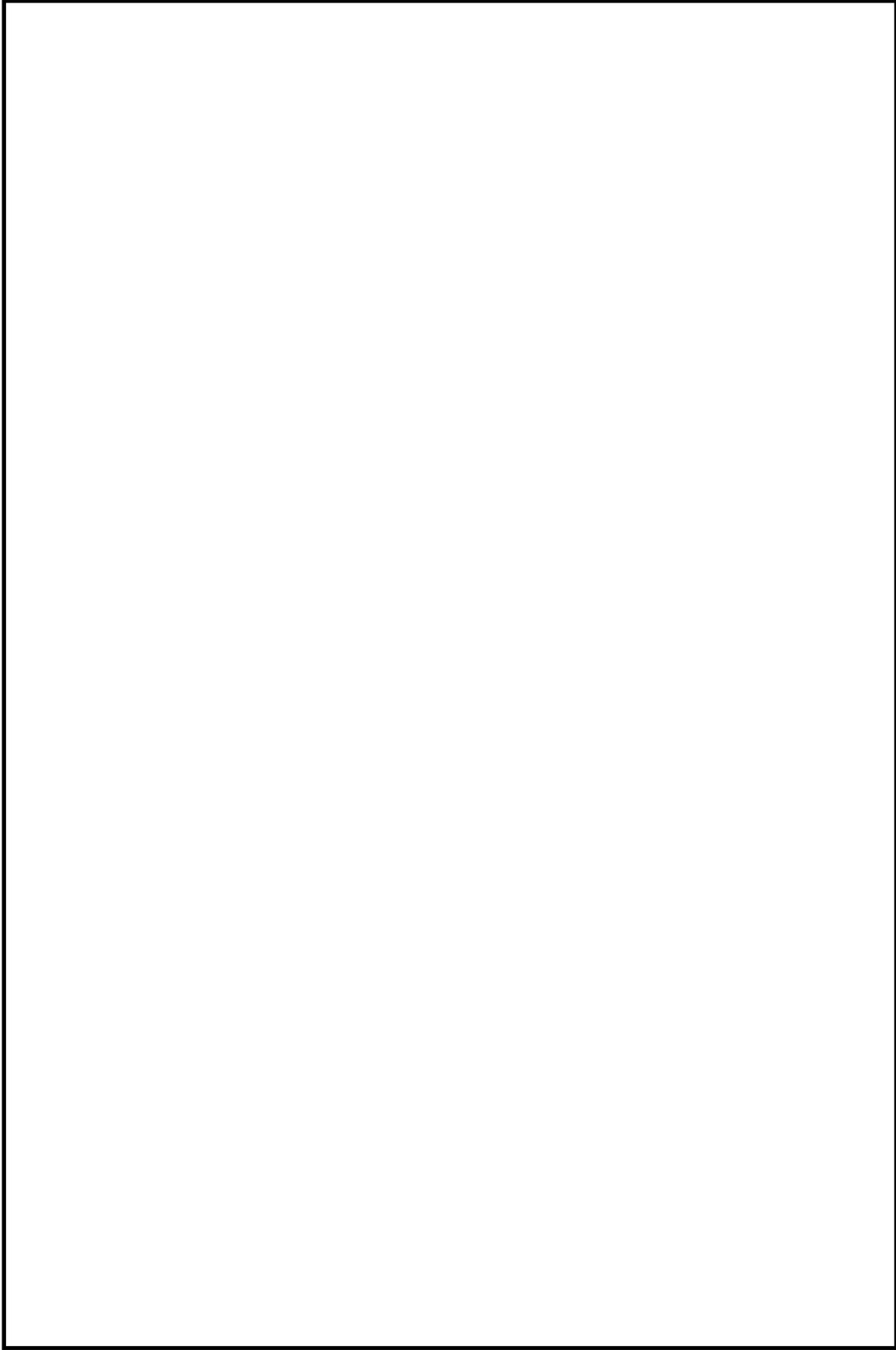
第 1.1-1 図 区画図 (4/29)



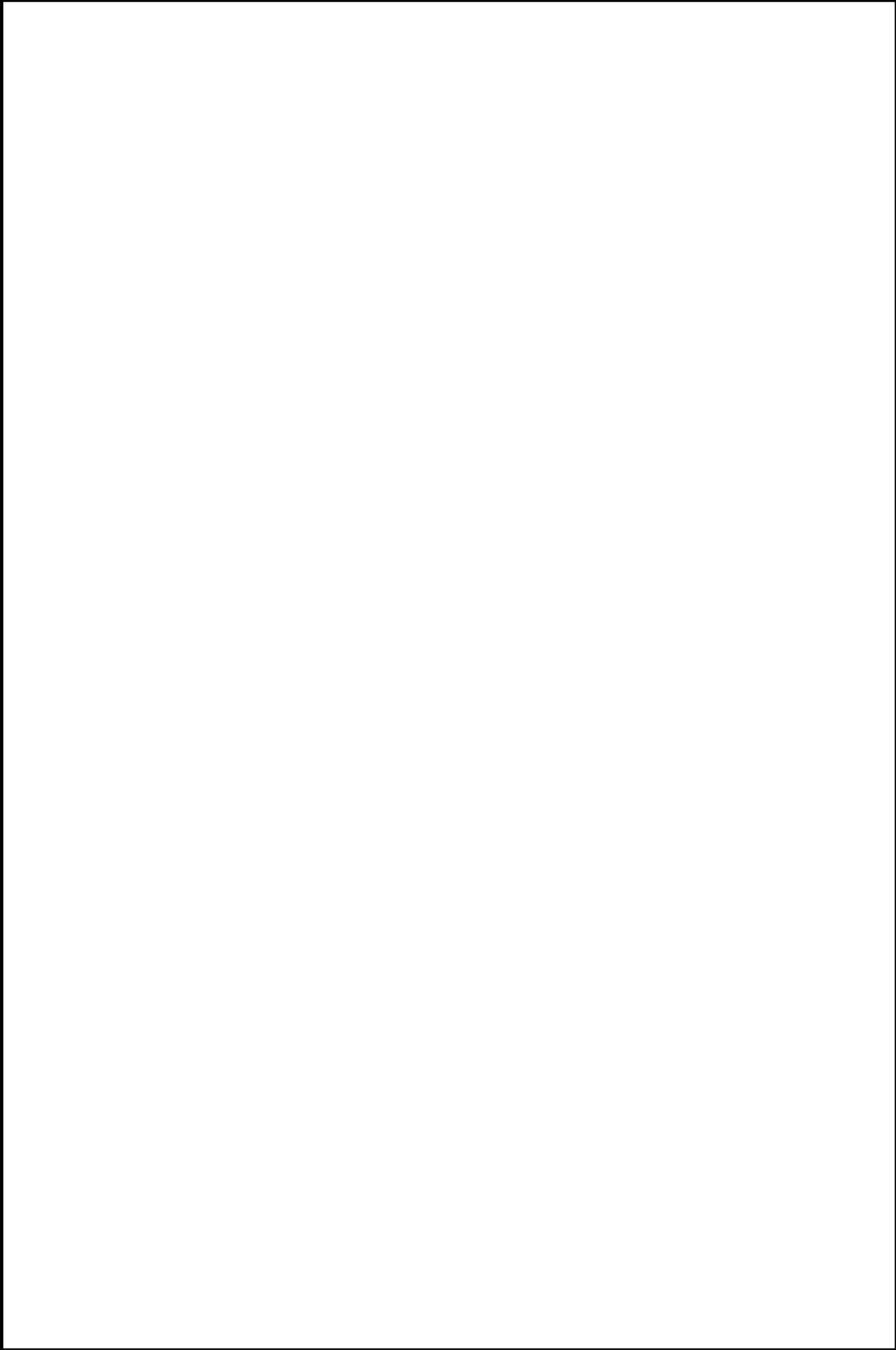
第 1.1-1 図 区画図 (5/29)



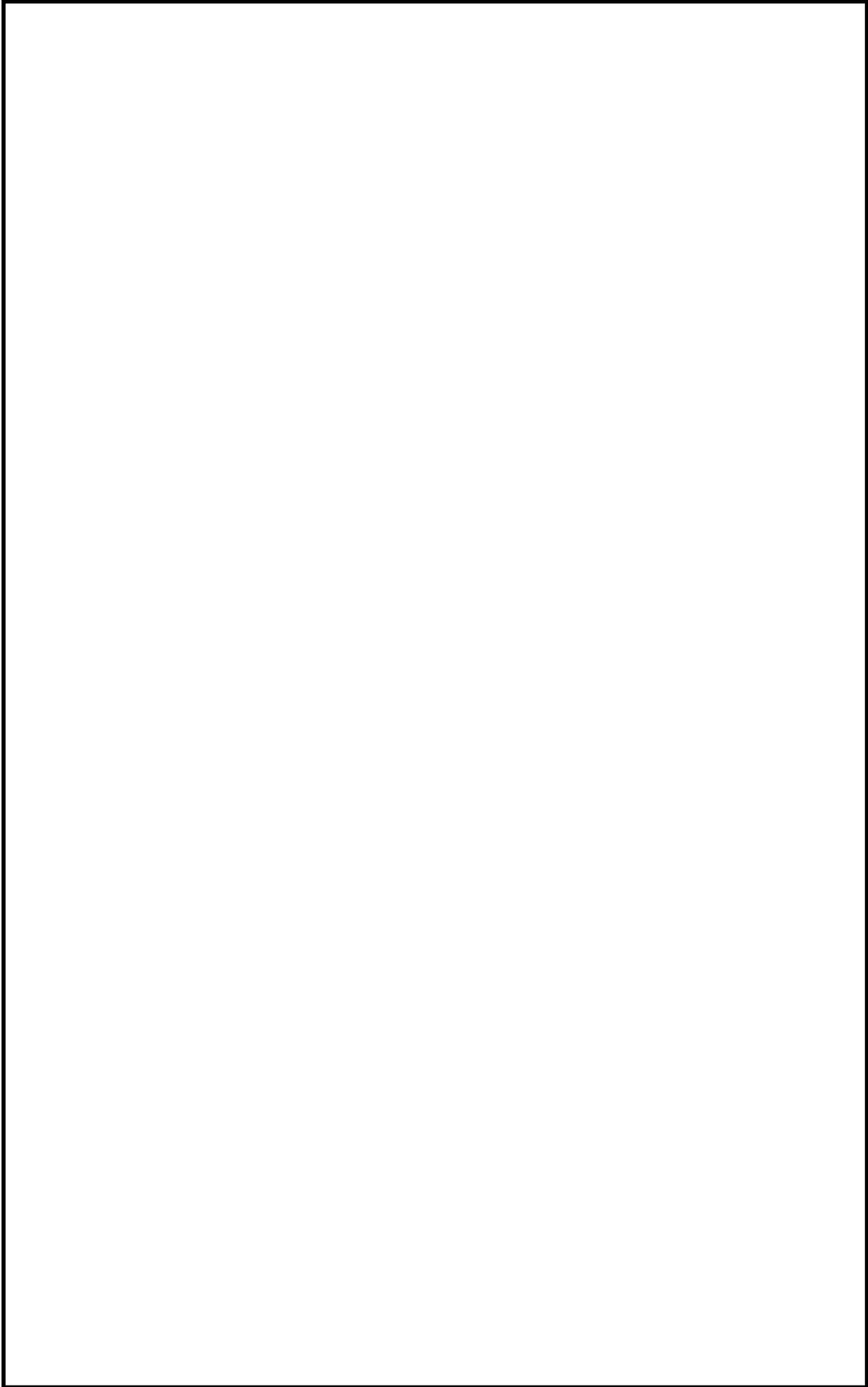
第 1.1-1 図 区画図 (6/29)



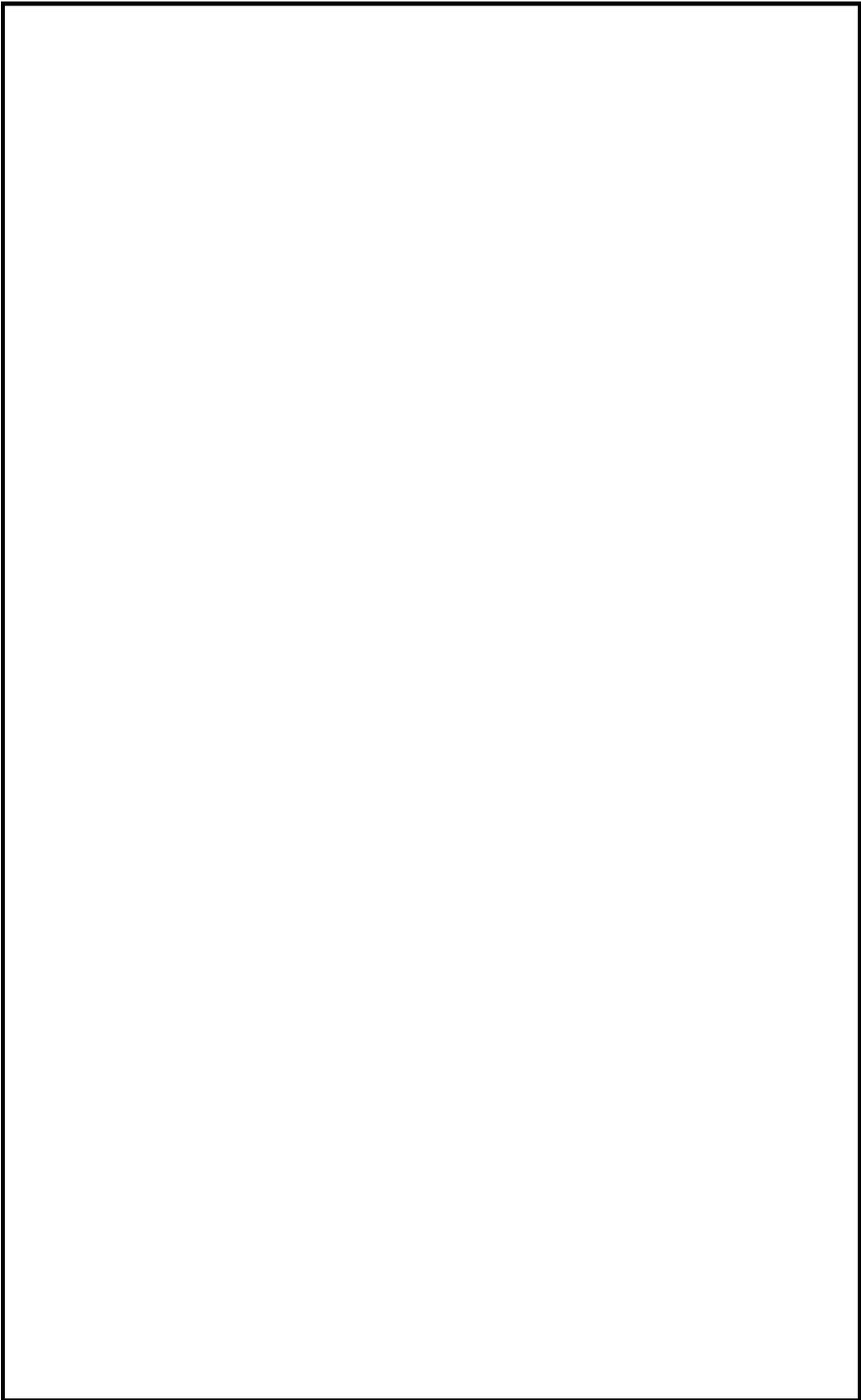
第 1.1-1 図 区画図 (7/29)



第 1.1-1 図 区画図 (8/29)

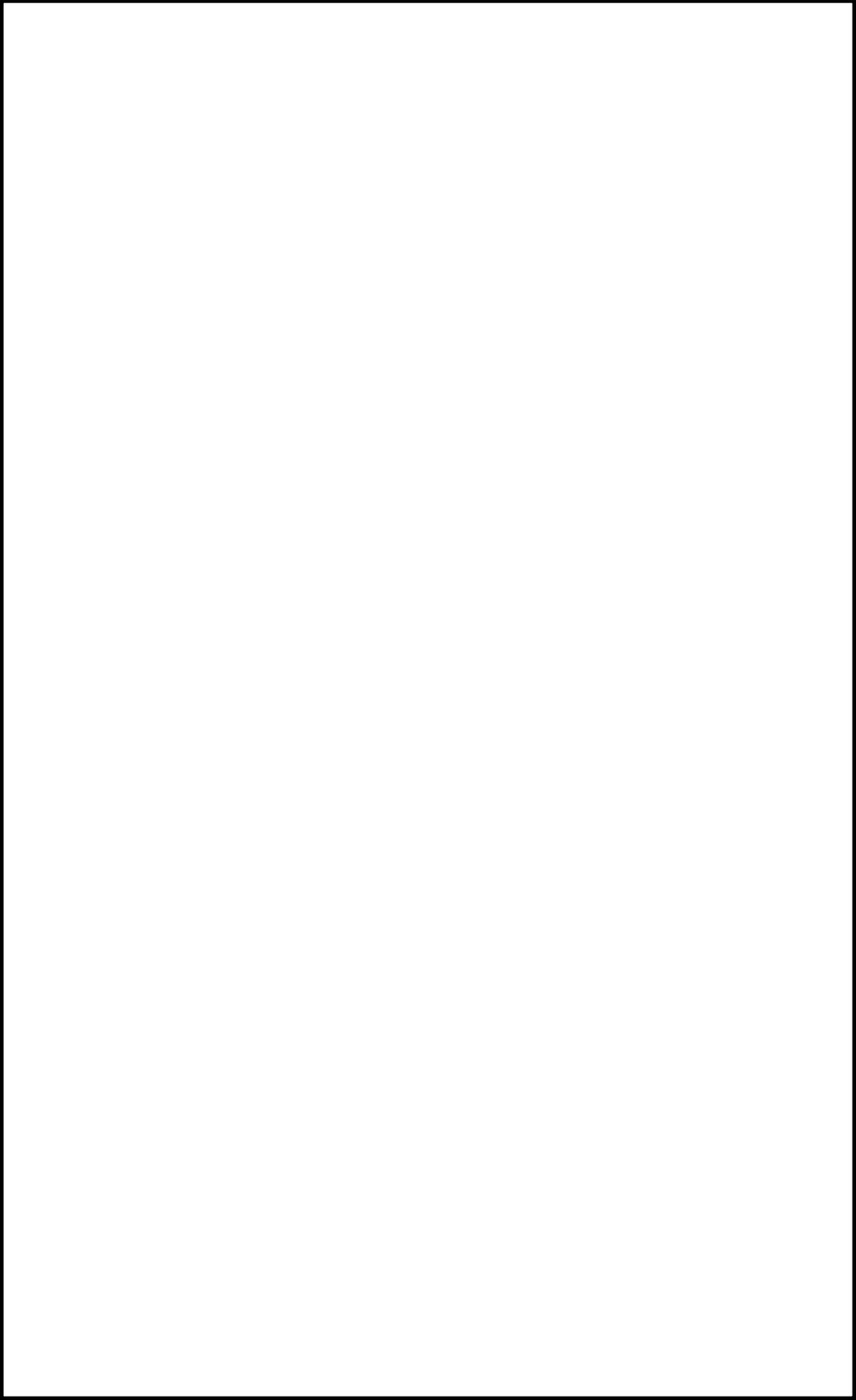


第 1.1-1 図 区画図 (9/29)

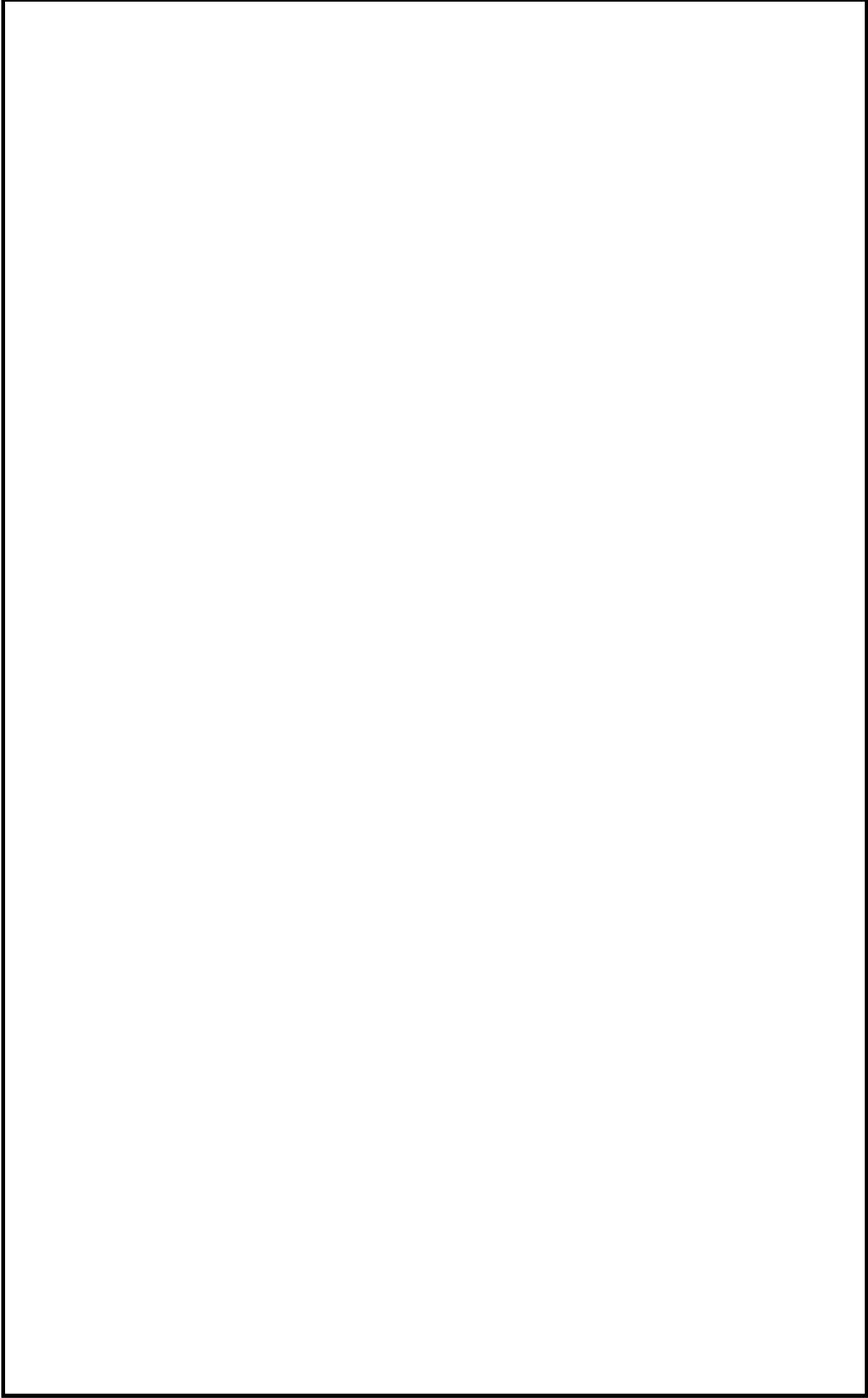


第 1.1-1 図 区画図 (10/29)

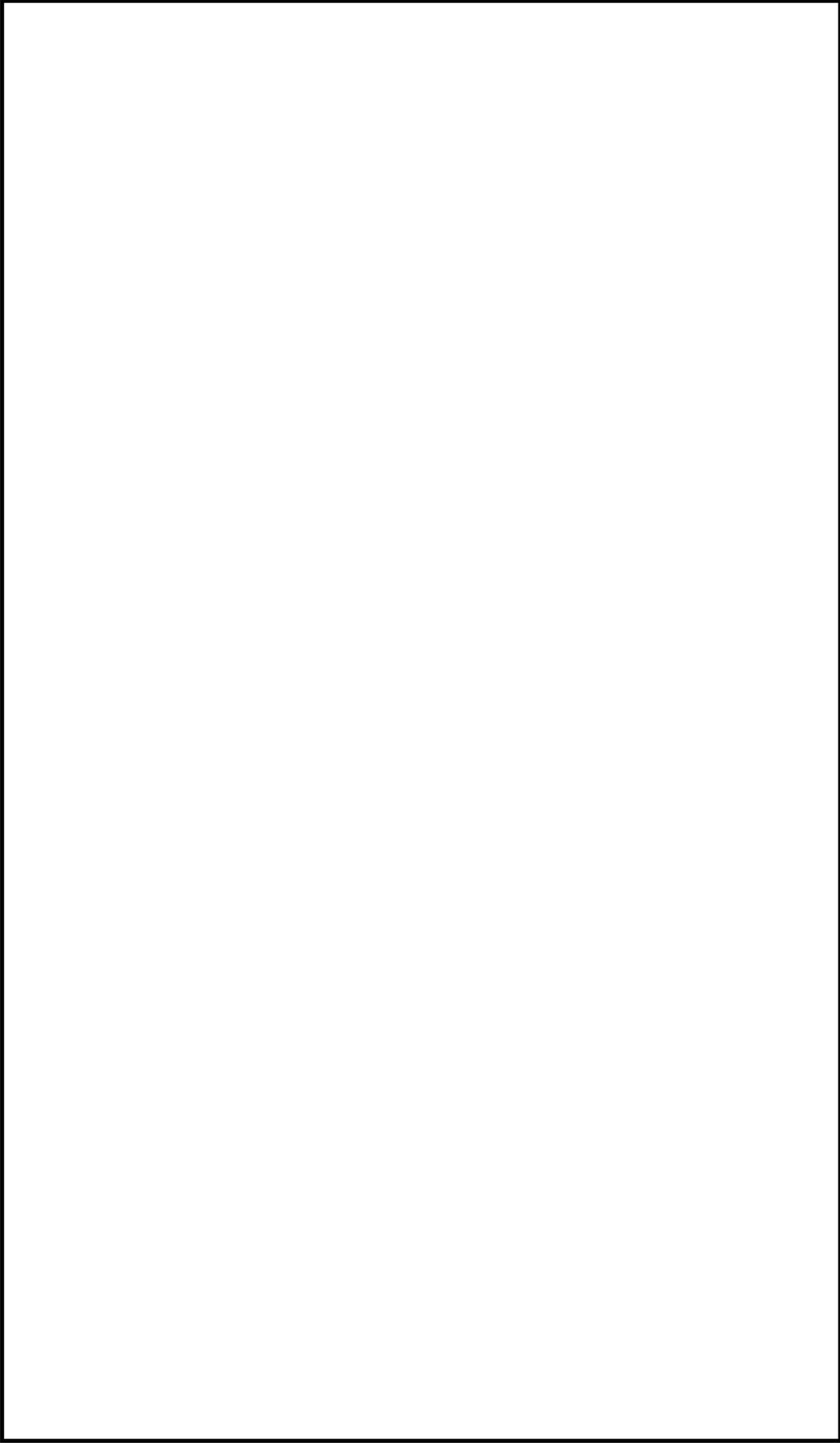
補-1.1-52



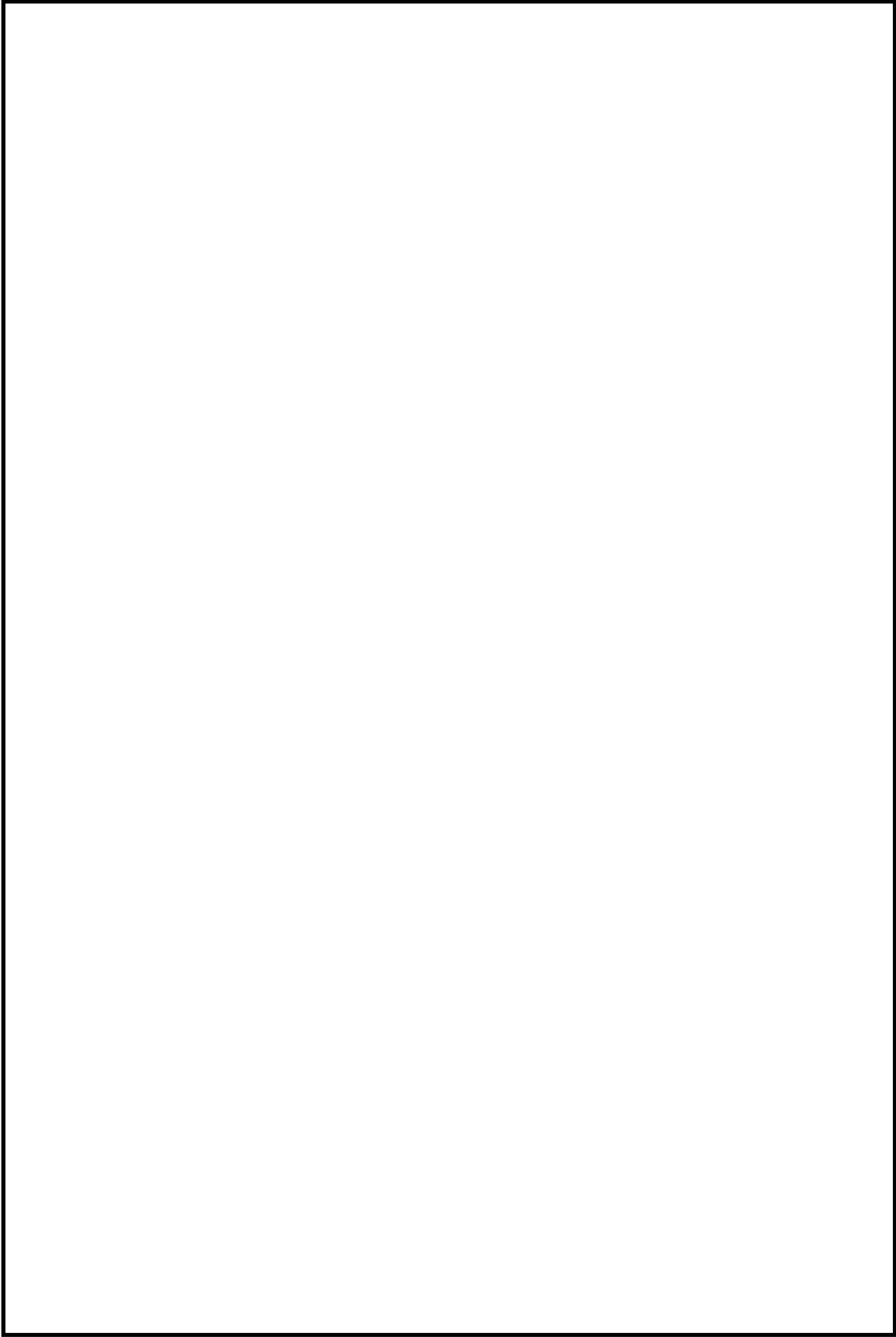
第 1.1-1 区画図 (11/29)



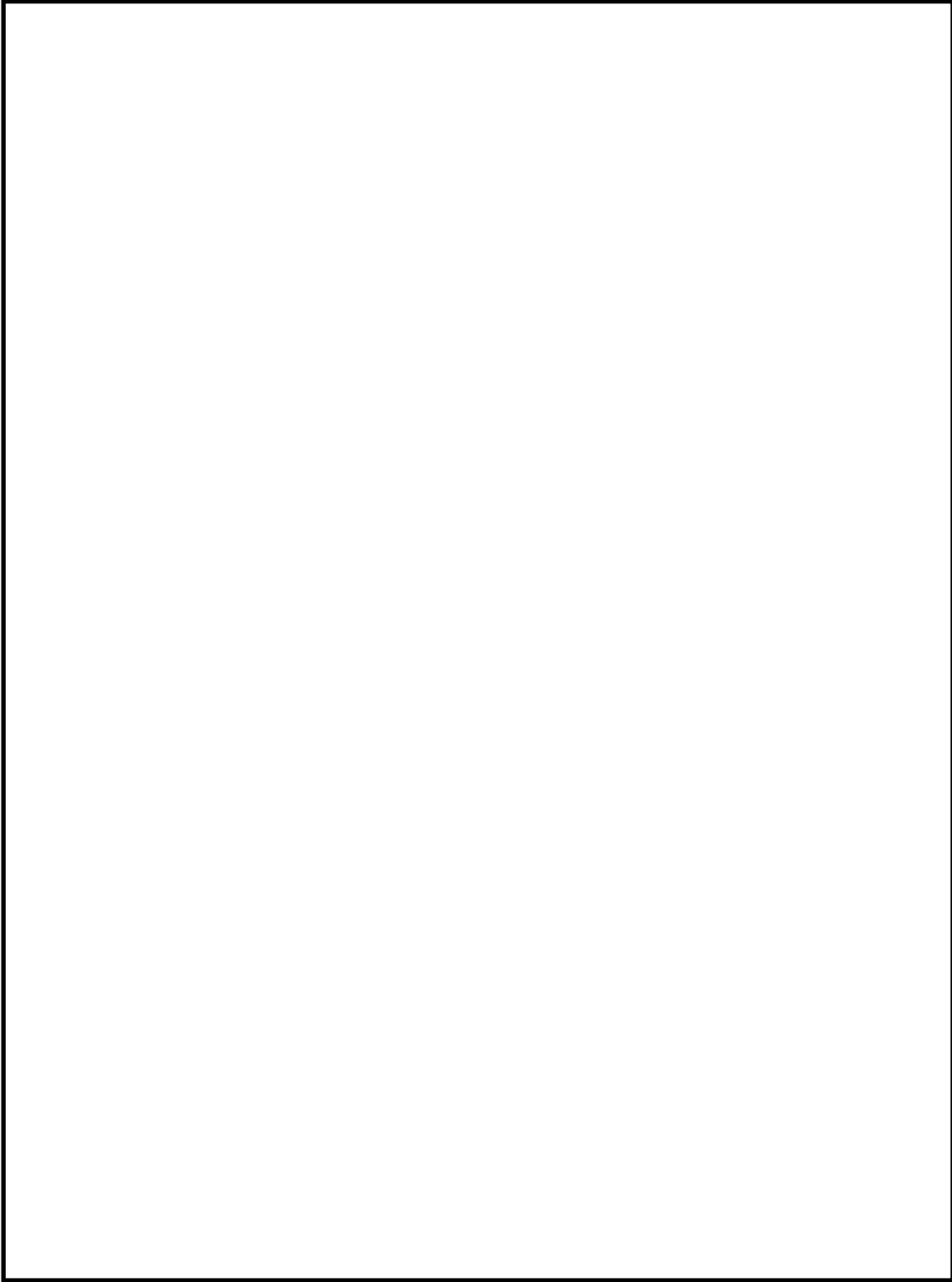
第 1.1-1 区画図 (12/29)



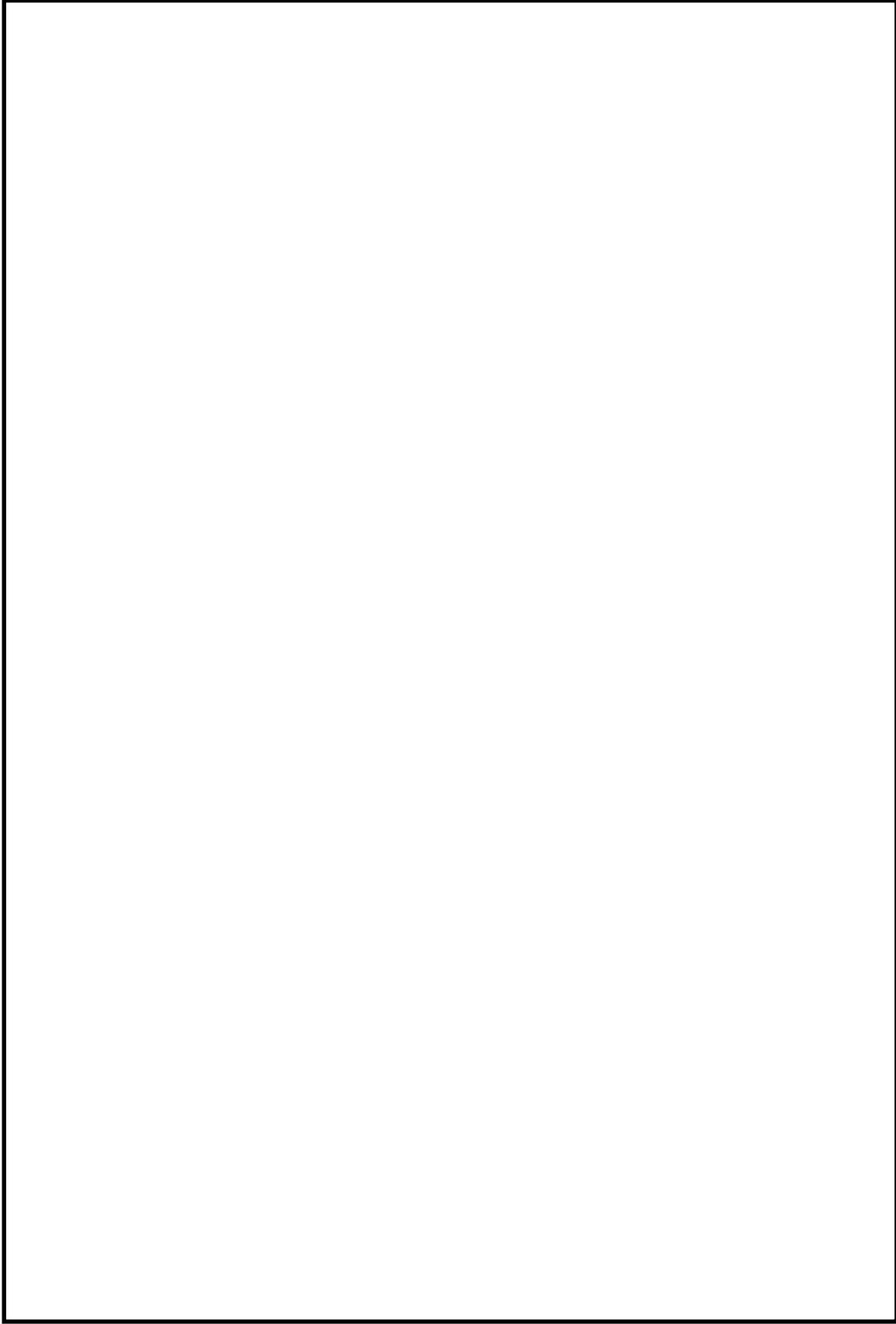
第 1.1-1 区画図 (13/29)



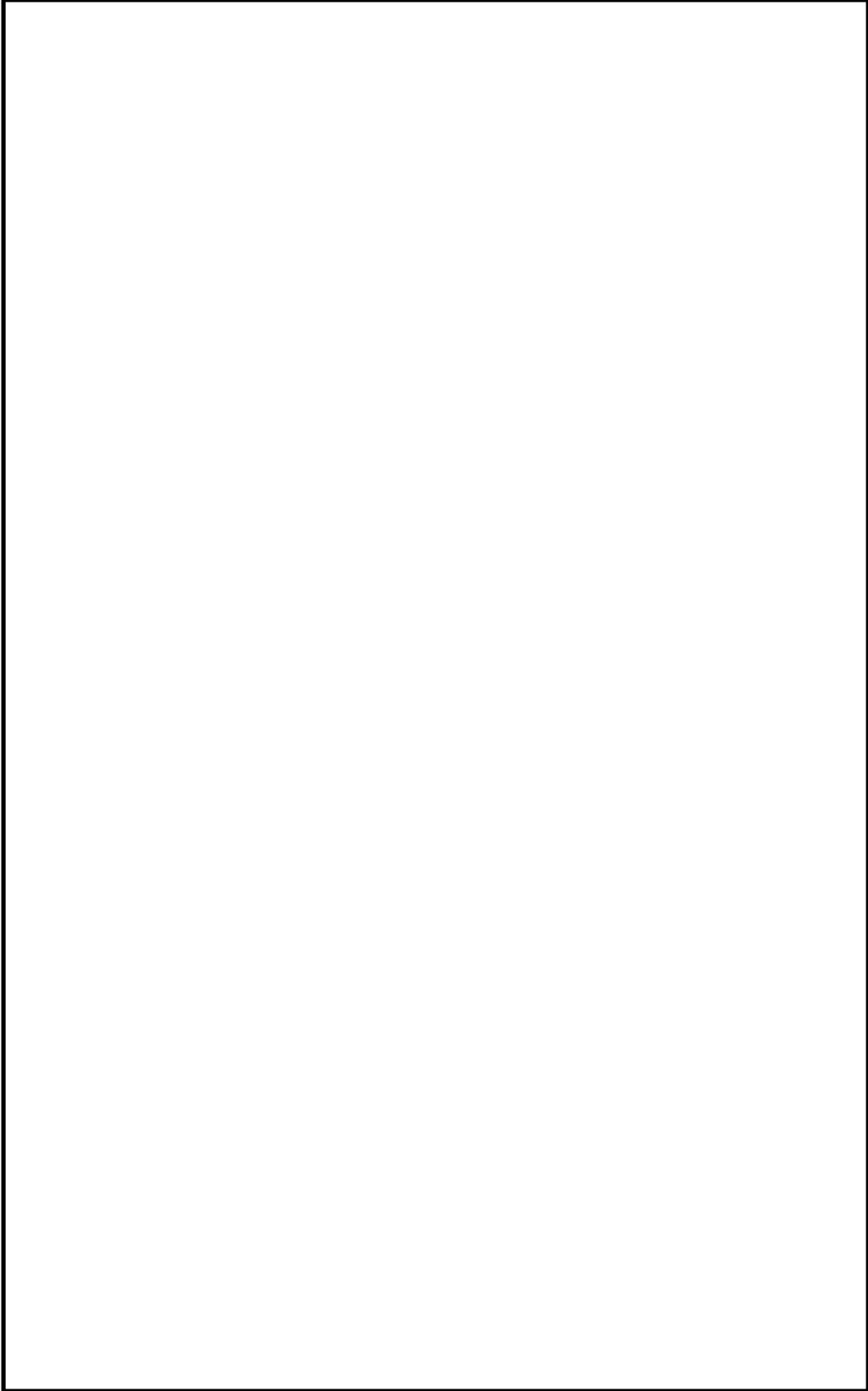
第 1.1-1 区画図 (14/29)



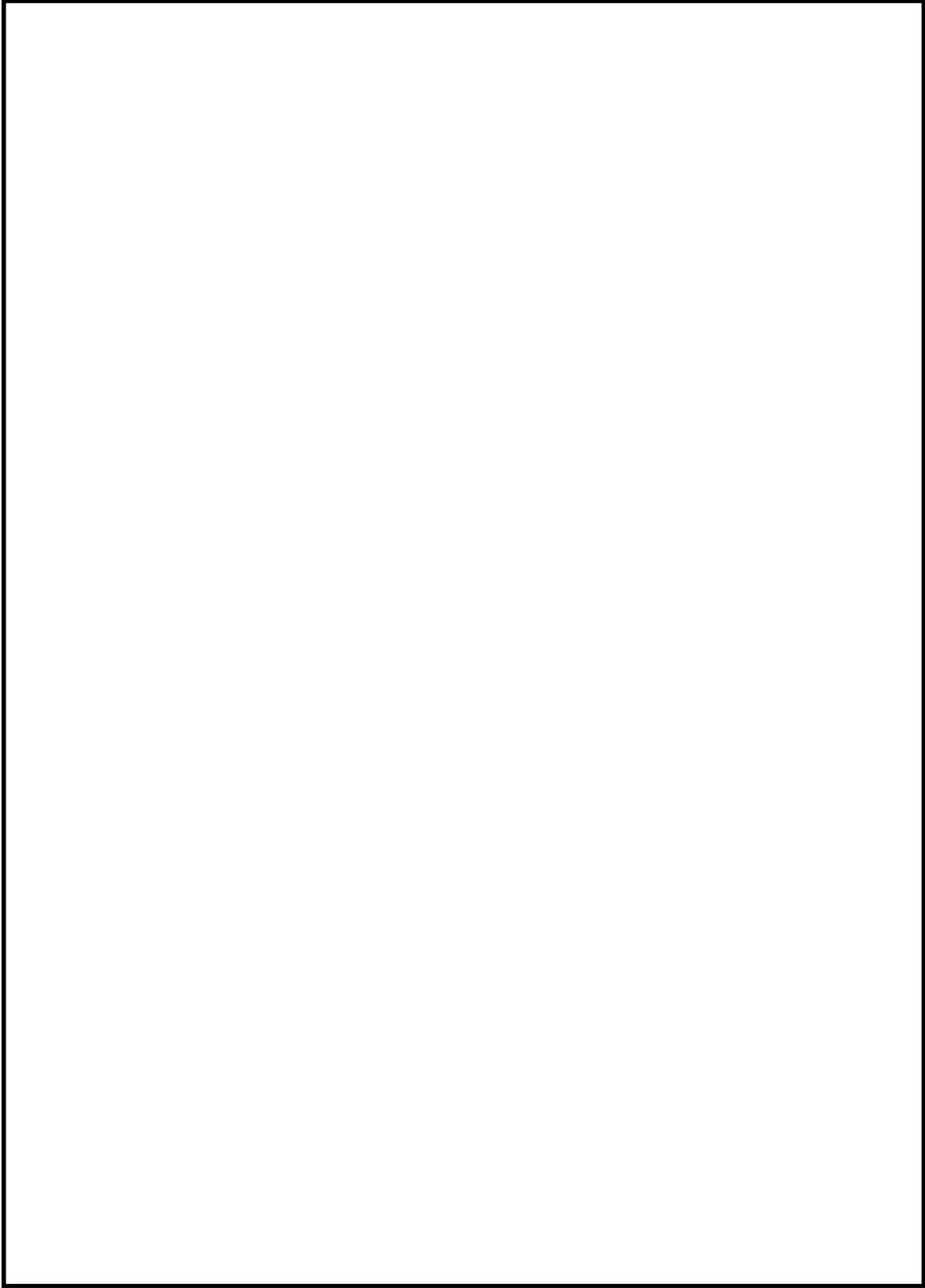
第 1.1-1 図 区画図 (15/29)



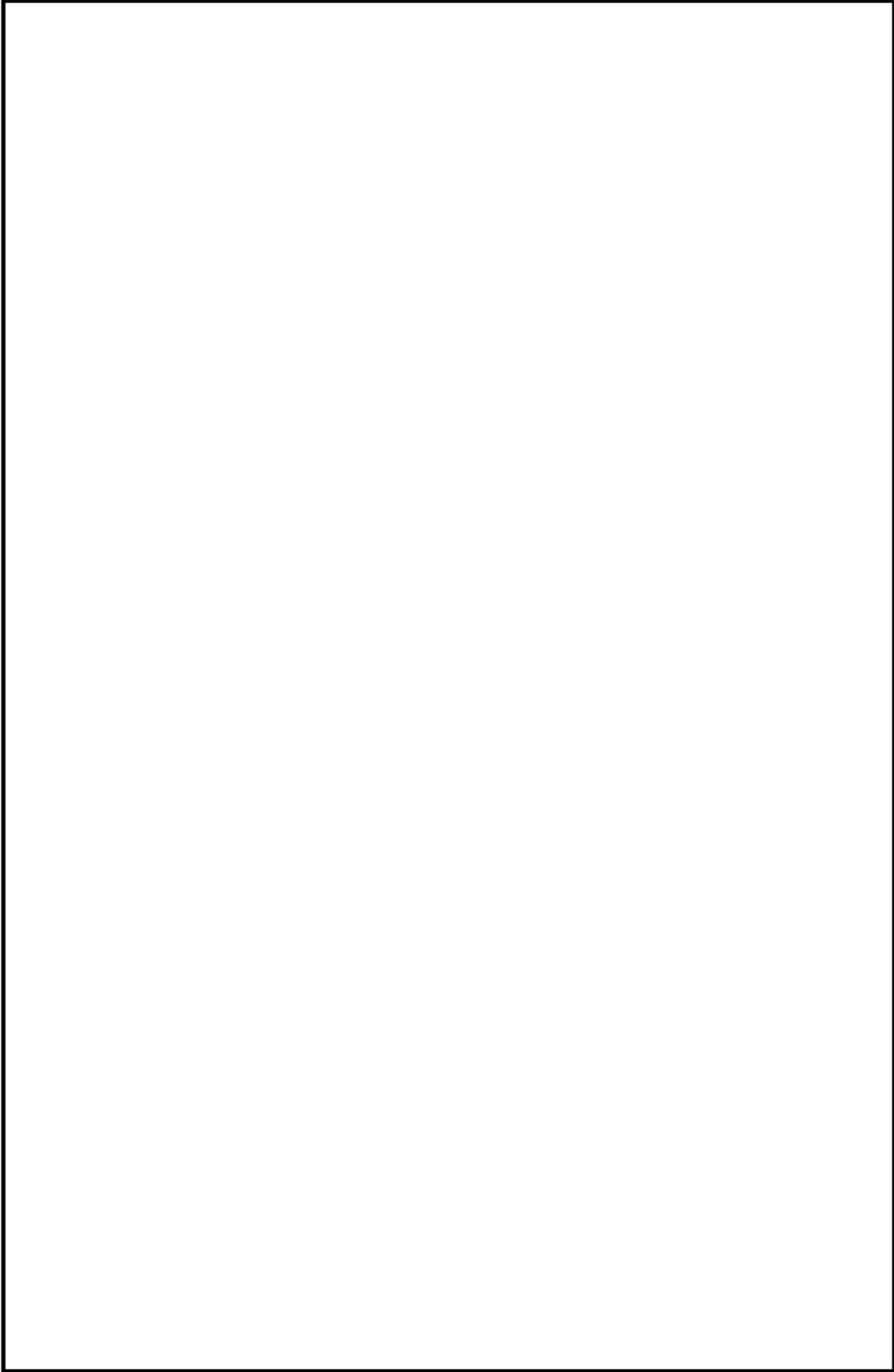
第 1.1-1 区画図 (16/29)



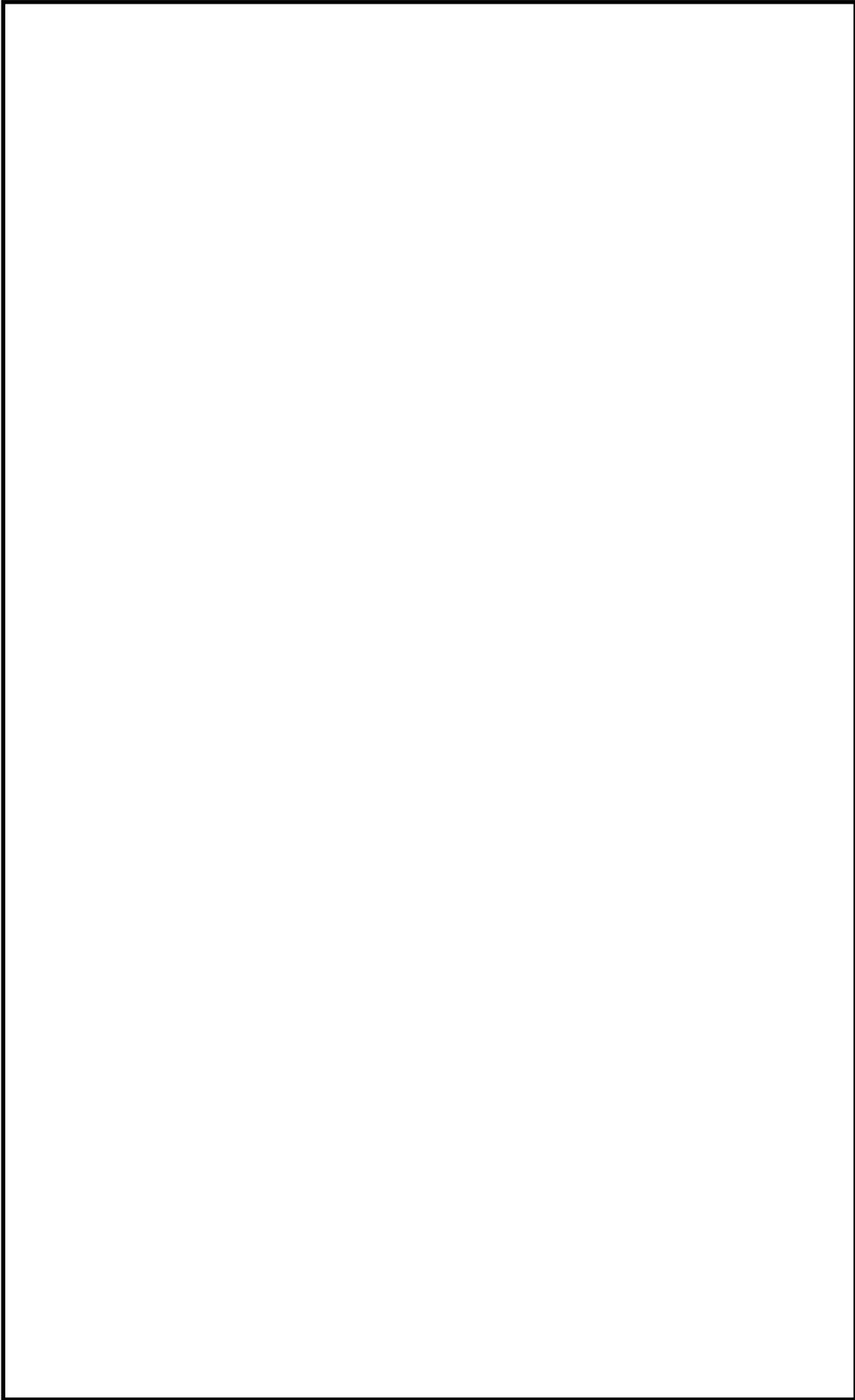
第 1.1-1 図 区画図 (17/29)



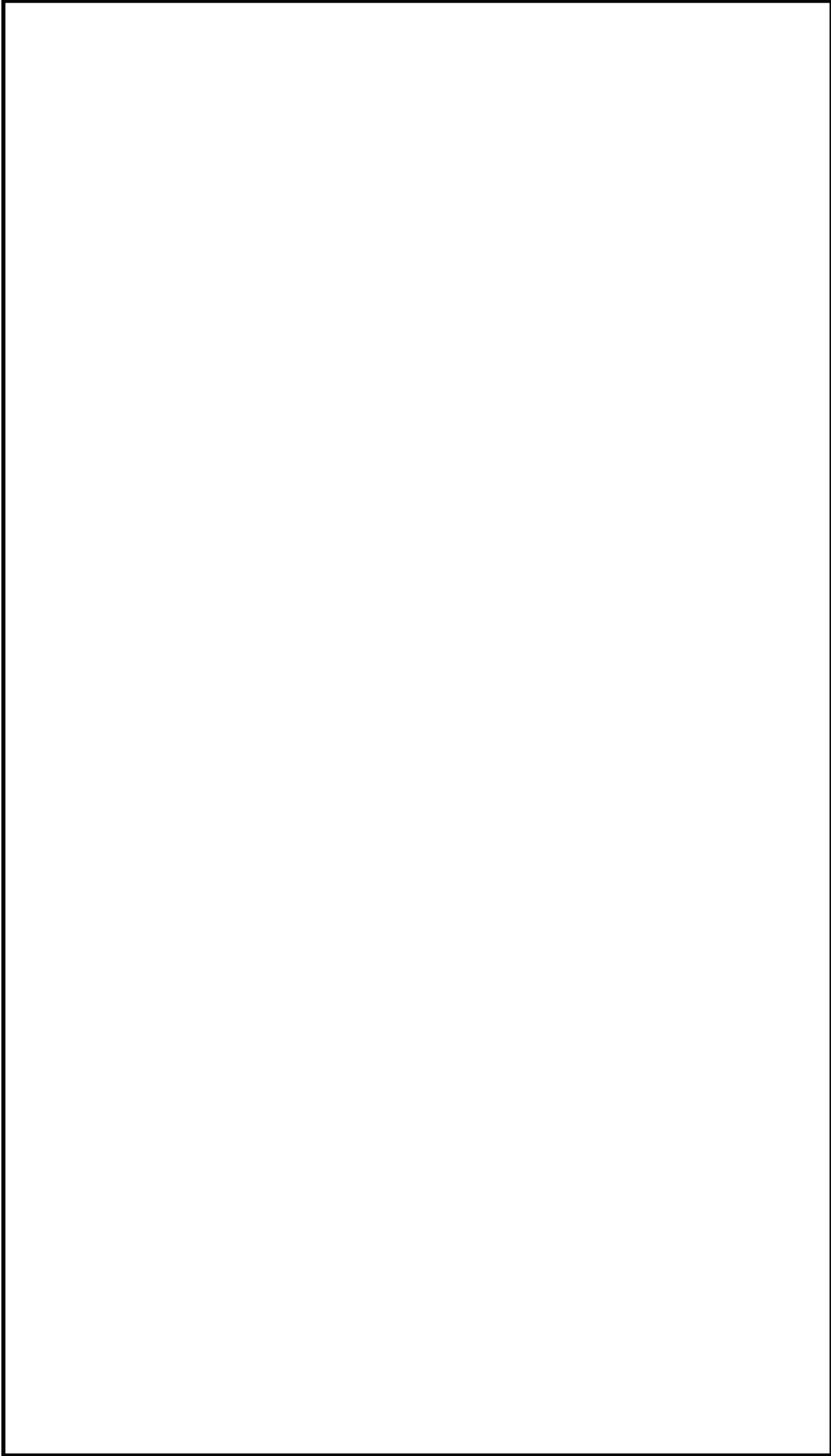
第 1.1-1 区画図 (18/29)



第 1.1-1 区画図 (19/29)

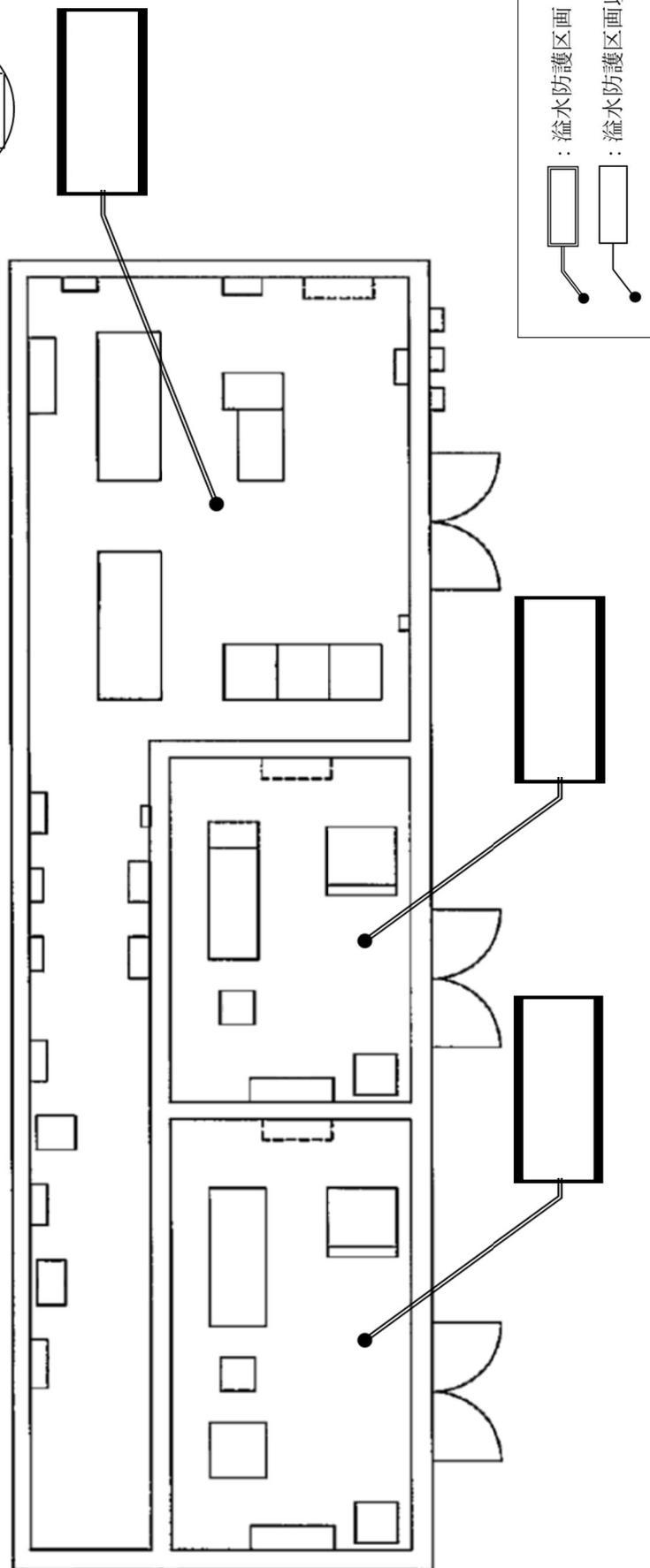
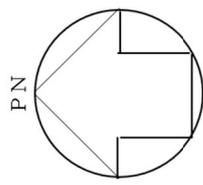


第 1.1-1 区画図 (20/29)



第 1.1-1 区画図 (21/29)

排気筒モニタ室 EL. 8.30m



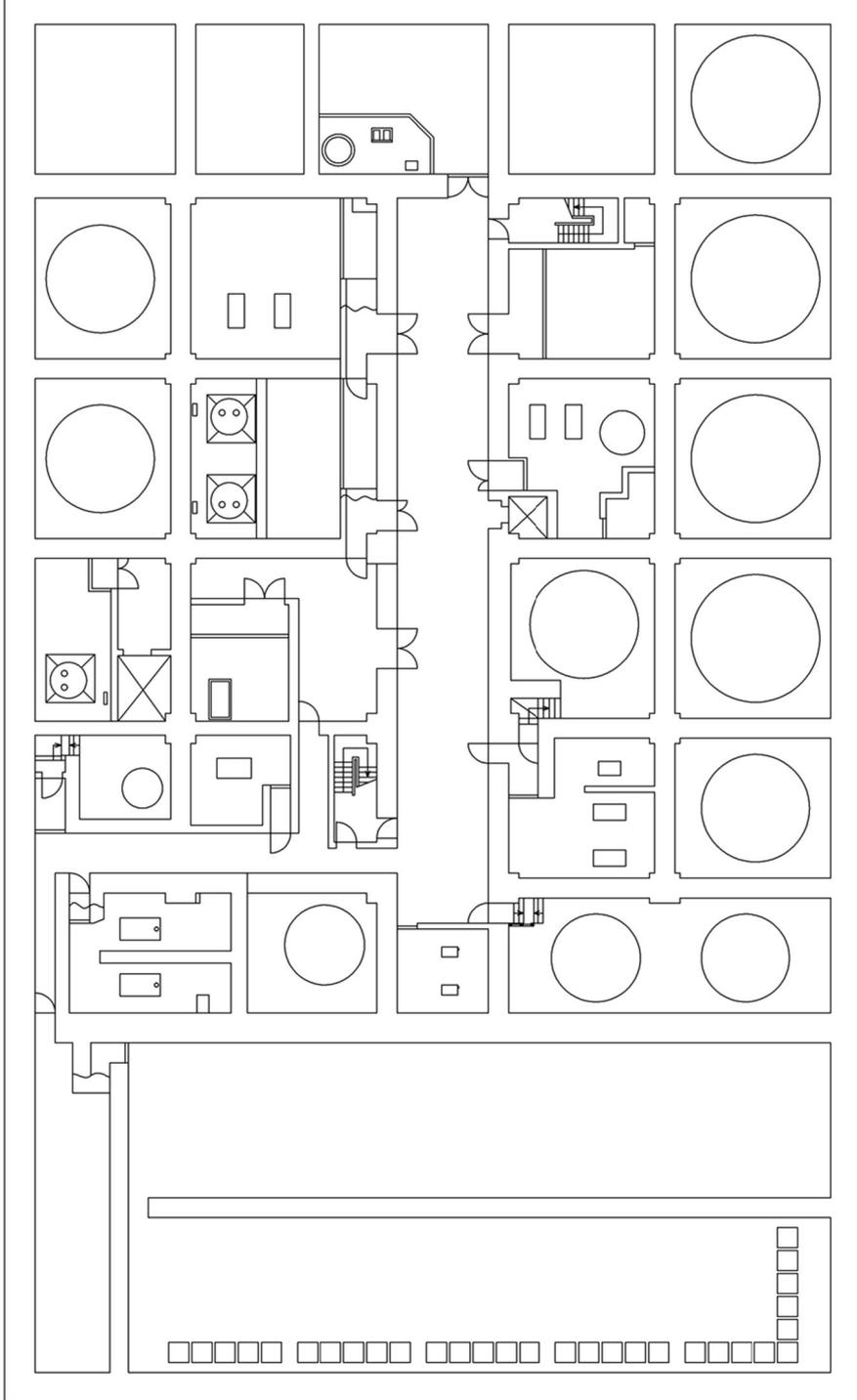
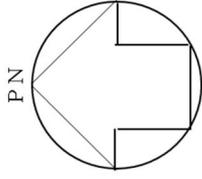
補-1.1-64

第 1.1-1 図 区画図 (22/29)

EL. -10.70m

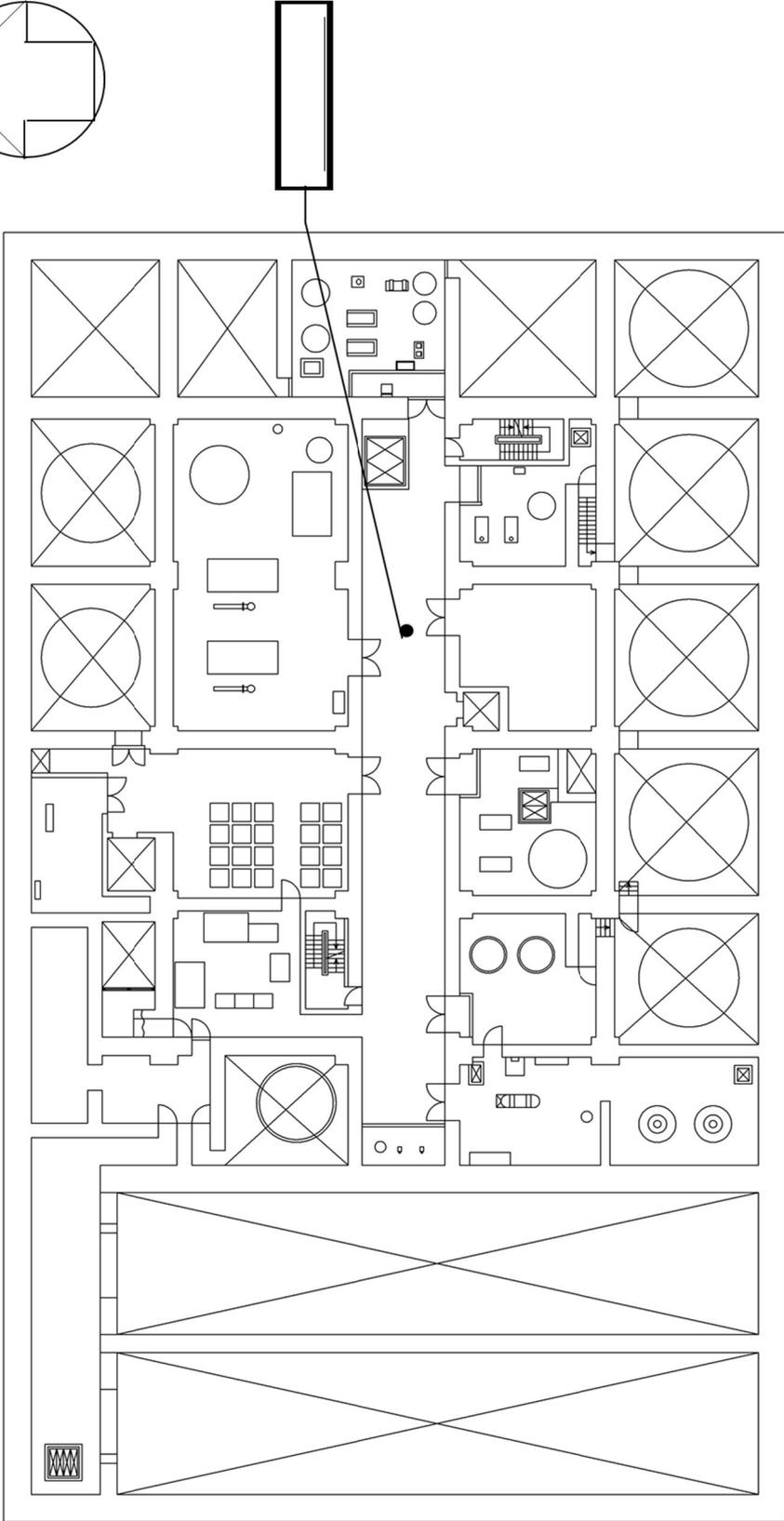
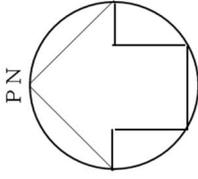
EL. -10.70m

溢水評価において区画番号の採番は不要



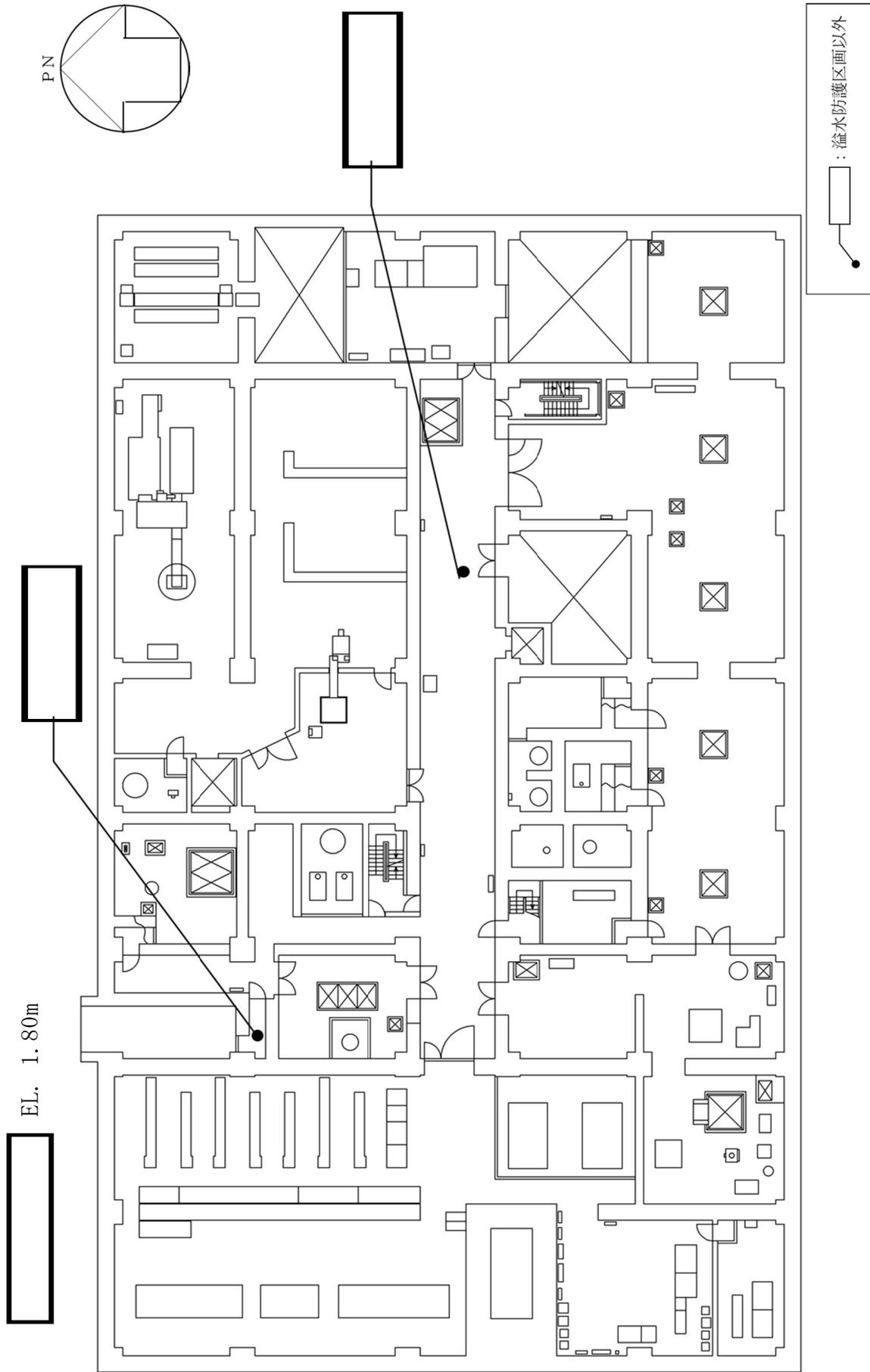
第 1.1-1 図 区画図 (23/29)

EL. -4.70m

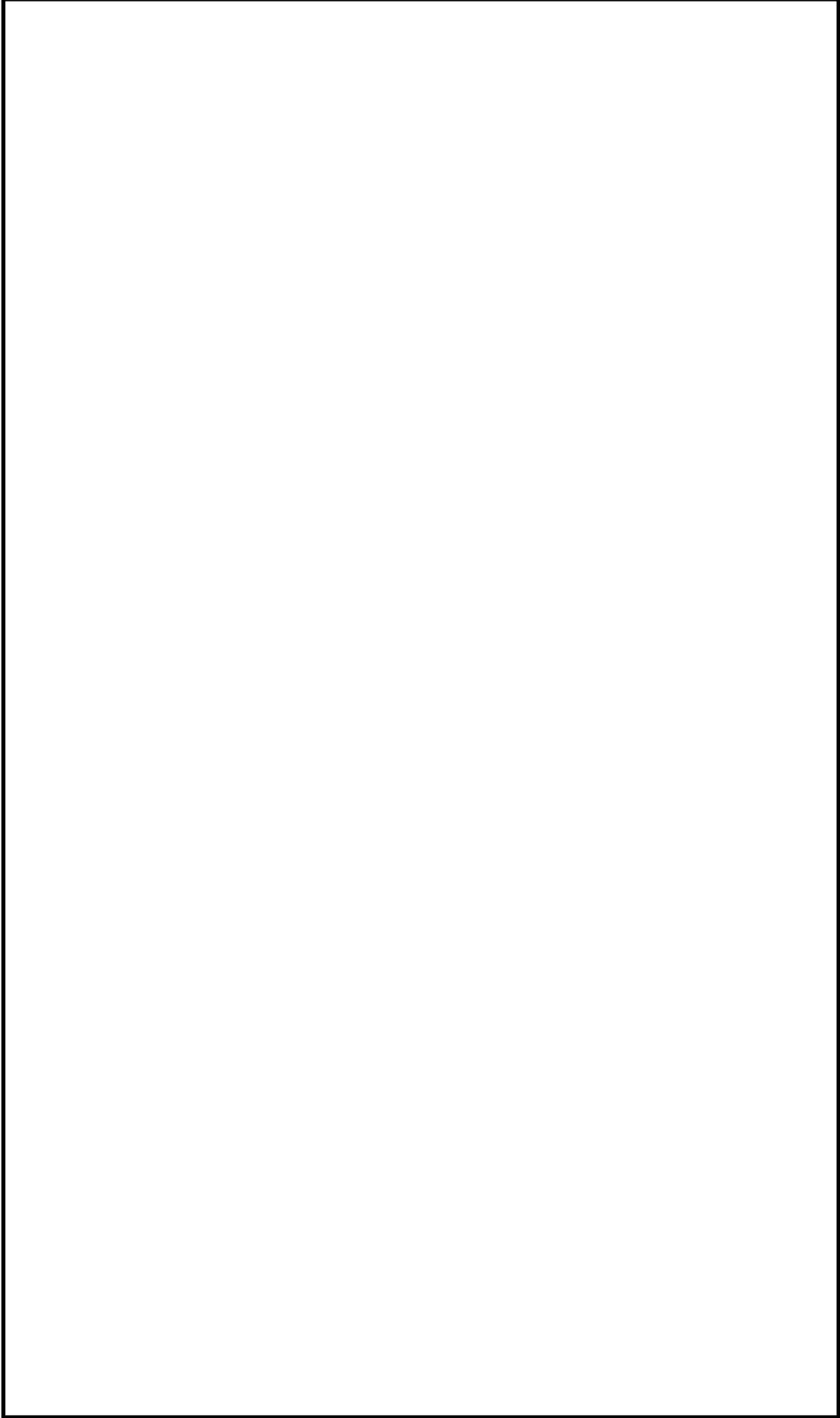


：溢水防護区画以外

第 1.1-1 図 区画図 (24/29)

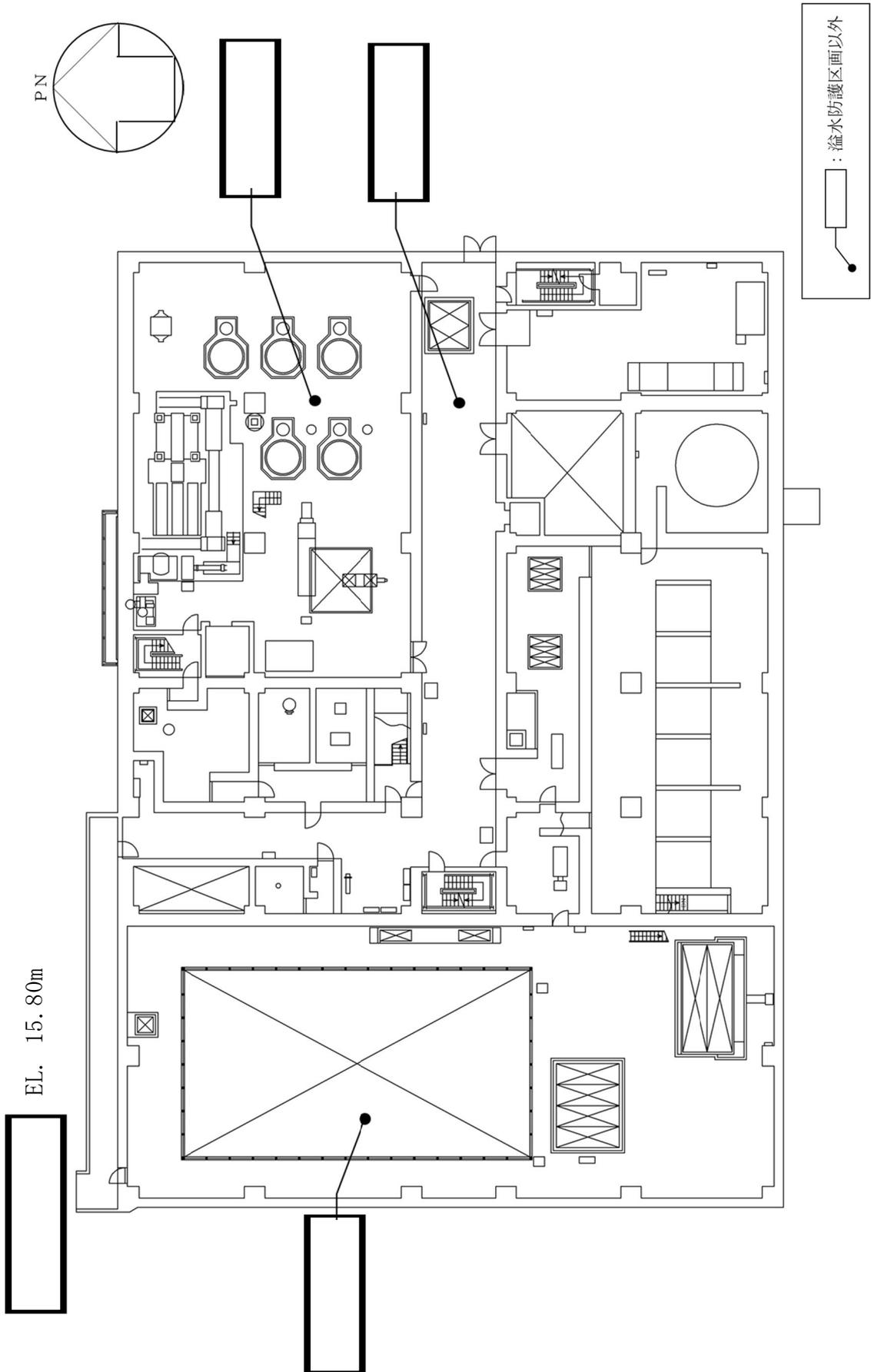


第 1.1-1 図 区画図 (25/29)



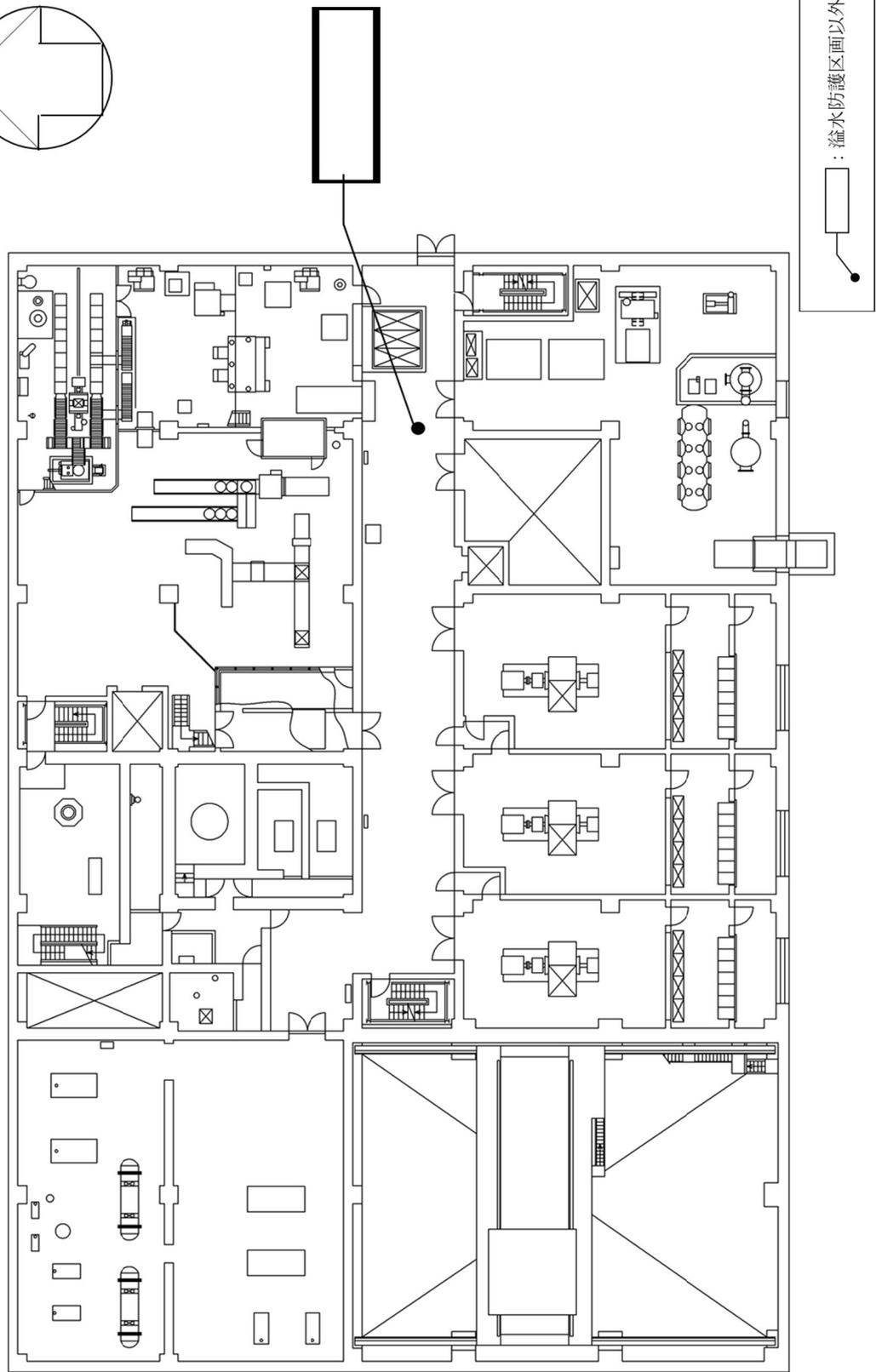
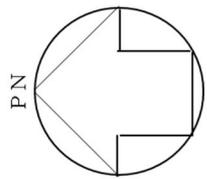
第 1.1-1 区画図 (26/29)

補-1.1-68

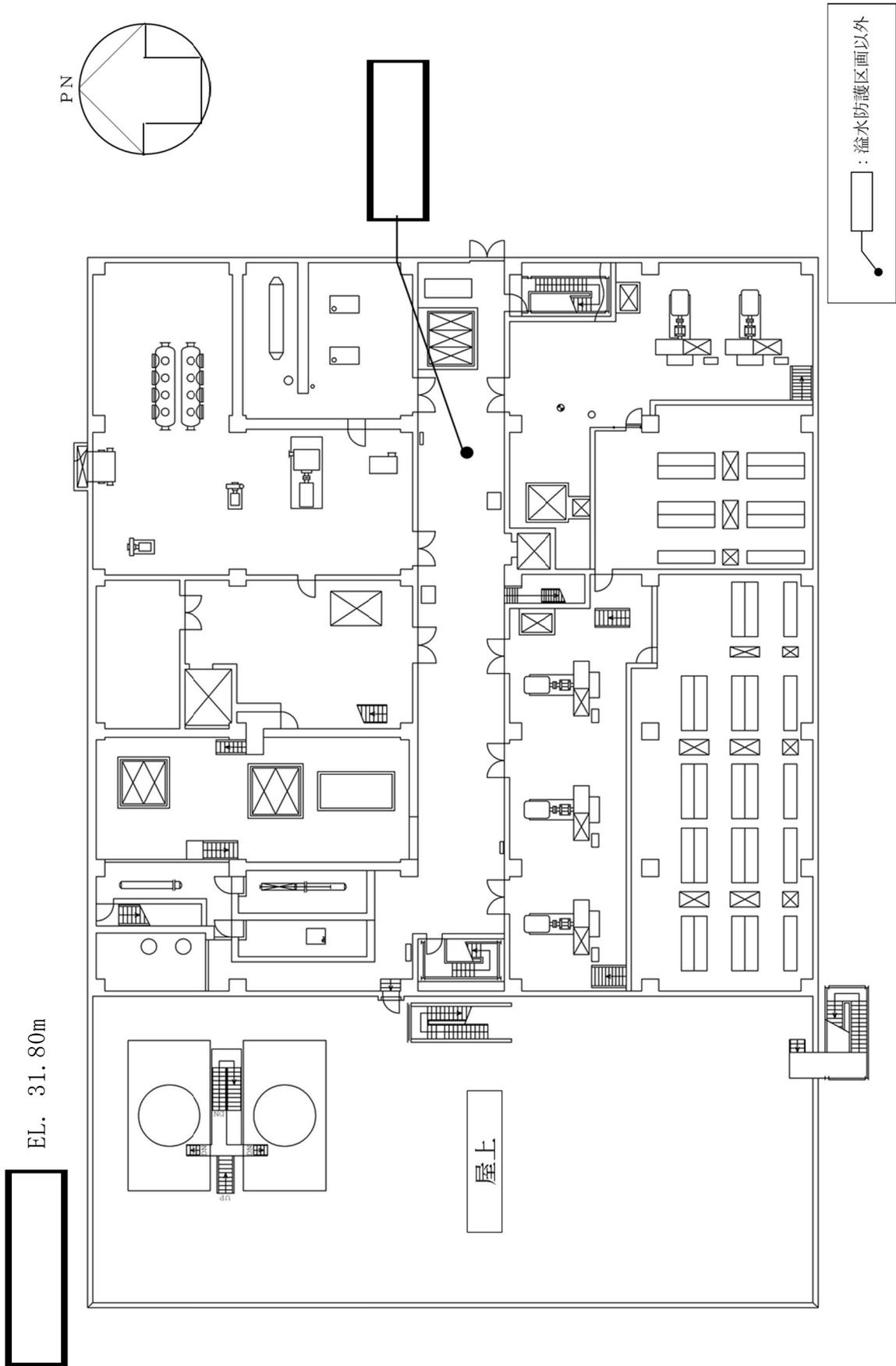


第 1.1-1 図 区画図 (27 / 29)

EL. 23.30m



第 1.1-1 図 区画図 (28/29)



第 1.1-1 図 区画図 (29 / 29)

1.2 溢水防護対象設備の選定について

1.2.1 概要

本資料は、技術基準規則第12条、第54条及びその解釈並びに評価ガイドを踏まえて、発電用原子炉施設内で発生を想定する溢水の影響から防護すべき設備の設定の考え方を説明するものである。

溢水から防護すべき設備として、「発電用軽水型原子炉施設の安全機能の重要度分類に関する審査指針」における分類のクラス1,2に属する構築物、系統及び機器に加え、安全評価上その機能を期待するクラス3に属する構築物、系統及び機器のうち、重要度の特に高い安全機能を有する系統がその安全機能を維持するために必要な設備、並びに使用済燃料プールの冷却機能及び使用済燃料プールへの給水機能を維持するために必要な設備を溢水防護対象設備として設定する。

1.2.2 溢水防護対象設備の選定方針

溢水防護対象設備の具体的な抽出の考え方を以下に示す。

溢水によってその安全機能が損なわれないことを確認する必要がある施設を、発電用軽水型原子炉施設の安全機能の重要度分類に関する審査指針（以下「重要度分類審査指針」という。）における分類のクラス1、クラス2及びクラス3に属する構築物、系統及び機器とする。

この中から、溢水防護上必要な機能を有する構築物、系統及び機器を選定する。

具体的には、運転状態にある場合には原子炉を高温停止及び、引き続き低温停止することができ、並びに放射性物質の閉じ込め機能を維持するため、停止状態にある場合は引き続きその状態を維持するため、及び使用済燃料プールの冷却機能及び給水機能を維持するために必要となる、重要度分類審査指針における分類のクラス1、2に属する構築物、系統及び機器に加え、安全評価上その機能を期待するクラス3に属する構築物、系統及び機器を抽出する。

以上を踏まえ、防護すべき設備のうち溢水防護対象設備として、重要度の特に高い安全機能を有する構築物、系統及び機器、並びに、使用済燃料プールの冷却機能及び給水機能を維持するために必要な構築物、系統及び機器を抽出する。

1.2.3 重要度の特に高い安全機能を有する系統がその安全機能を適切に維持するために必要な設備

重要度の特に高い安全機能を有する系統がその安全機能を適切に維持するために必要な設備として、運転状態にある場合は原子炉を高温停止及び、引き続き低温停止することができ、並びに放射性物質の閉じ込め機能を維持するために必要な設備、また、停止状態にある場合は引き続きその状態を維持するために必要な設備を溢水防護対象設備として抽出する。重要度の特に高い安全機能を有する系統・設備を第 1.2-1 表に示す。

また「発電用軽水型原子炉施設の安全評価に関する審査指針」を参考に、運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故のうち、溢水により発生し得る原子炉外乱及び溢水の原因となり得る原子炉外乱を抽出し、その対処に必要な系統を抽出する。溢水評価上想定する起因事象として抽出する運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故を第 1.2-2 表及び第 1.2-3 表、溢水評価上想定する事象とその対処系統を第 1.2-4 表に示す。なお、抽出に当たっては溢水事象となり得る事故事象も評価対象とする。

1.2.4 使用済燃料プールの冷却・給水機能を適切に維持するために必要な設備

使用済燃料プールを保安規定で定められた水温（65℃以下）に維持する必要があるため、使用済燃料プールの冷却系統の機能維持に必要な設備を抽出する。

また、使用済燃料プールの放射線を遮蔽するための水量を確保する必要があるため、使用済燃料プールへの給水系統の機能維持に必要な設備を第 1.2-5 表のとおり抽出する。

具体的には、燃料プール冷却浄化系及び残留熱除去系を抽出する。

(3) 防護対象設備のうち溢水影響評価対象の選定について

溢水影響評価対象の選定フローを第 1.2-1 図に、溢水影響評価の対象外とする理由について第 1.2-6 表に示す。

第 1.2-1 図に示した防護対象設備の選定フローにより選定された防護対象設備について、系統、設備名、設置建屋、機能喪失高さ及び設置高さを防護対象設備リストとして、1.1 項 第 1.1-2 表に示す。

同様に第 1.2-6 表の選定により詳細な評価の対象から除外された設備について、系統、設置場所、設備名及び除外理由をリストとしてまとめ、第 1.2-7 表に示す。

第 1.2-1 表 重要度の特に高い安全機能と系統・機器 (1/2)

その機能を有する複数の系統があり、それぞれの系統について多重性又は多様性を要求する安全機能	系統・機器	重要度分類
原子炉の緊急停止機能	制御棒及び制御棒駆動系	MS-1
未臨界維持機能	制御棒及び制御棒駆動系 ほう酸水注入系	MS-1
原子炉冷却材圧力バウンダリの過圧防止機能	逃がし安全弁 (安全弁としての開機能)	MS-1
原子炉停止後における除熱のための		
崩壊熱除去機能	残留熱除去系 (原子炉停止時冷却系)	MS-1
注水機能	原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイ系	MS-1
圧力逃がし機能	逃がし安全弁 (手動逃がし機能) 自動減圧系 (手動逃がし機能)	MS-1
事故時の原子炉の状態に応じた炉心冷却のための		
原子炉内高圧時における注水機能	原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイ系 自動減圧系	MS-1
原子炉内低圧時における注水機能	低圧炉心スプレイ系 残留熱除去系 (低圧注水系) 高圧炉心スプレイ系	MS-1
格納容器内又は放射性物質が格納容器内から漏れ出た場所の雰囲気中の放射性物質の濃度低減機能	非常用ガス処理系 非常用ガス再循環系	MS-1
格納容器の冷却機能	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系)	MS-1
格納容器内の可燃性ガス制御機能	可燃性ガス濃度制御系	MS-1
非常用交流電源から非常用の負荷に対し電力を供給する機能	非常用所内電源系 (交流)	MS-1
非常用直流電源から非常用の負荷に対し電力を供給する機能	非常用所内電源系 (直流)	MS-1
非常用の交流電源機能	非常用所内電源系 (非常用ディーゼル発電機含む)	MS-1
非常用の直流電源機能	直流電源系	MS-1
非常用の計測制御用直流電源機能	計測制御用電源設備	MS-1
補機冷却機能	残留熱除去系海水系, 非常用ディーゼル発電機海水系及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機海水系	MS-1
冷却用海水供給機能		MS-1
原子炉制御室非常用換気空調機能	中央制御室換気系	MS-1

第 1.2-1 表 重要度の特に高い安全機能と系統・機器 (2/2)

その機能を有する複数の系統があり、それぞれの系統について多重性又は多様性を要求する安全機能	系統・機能	重要度分類
圧縮空気供給機能	逃がし安全弁 自動減圧機能及び主蒸気隔離弁のアク્યムレータ	MS-1
原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する配管の隔離機能	原子炉冷却材圧力バウンダリ隔離弁	MS-1
原子炉格納容器バウンダリを構成する配管の隔離機能	原子炉格納容器バウンダリ隔離弁	MS-1
原子炉停止系に対する作動信号（常用系として作動させるものを除く）の発生機能	原子炉保護系（スクラム機能）	MS-1
工学的安全施設に分類される機器若しくは系統に対する作動信号の発生機能	工学的安全施設作動系 ・非常用炉心冷却系作動の安全保護回路 ・原子炉格納容器隔離の安全保護回路 ・原子炉建屋ガス処置系作動の安全保護回路 ・主蒸気隔離の安全保護回路	MS-1
事故時の原子炉の停止状態の把握機能	計測制御装置 ・中性子束（起動領域計装）	MS-2
事故時の炉心冷却状態の把握機能	計測制御装置及び放射線監視装置 原子炉圧力及び原子炉水位 原子炉格納容器圧力	MS-2
事故時の放射能閉じ込め状態の把握機能	計測制御装置及び放射線監視装置 原子炉格納容器圧力 格納容器エリア放射線量率及びサプレッション・プール水温度	MS-2
事故時のプラント操作のための情報の把握機能	計測制御装置 原子炉圧力 原子炉水位（広帯域，燃料域） 原子炉格納容器圧力 サプレッション・プール水温度 原子炉格納容器水素濃度及び原子炉格納容器酸素濃度	MS-2
	主排気筒放射線モニタ 気体廃棄物処理系設備エリア排気放射線モニタ	MS-3

第1.2-2表 溢水評価上想定する起回事象の抽出
(運転時の異常な過渡変化)

起回事象	考慮 要否 要：○ 否：-	スクリーンアウトする理由
原子炉起動時における制御棒の異常な引き抜き	○	
出力運転中の制御棒の異常な引き抜き	○	
原子炉冷却材流量の部分喪失	-	再循環ポンプ1台がトリップし、原子炉出力は低下し整定する。このように、本事象では対処設備は不要であるため、溢水評価上考慮不要。
原子炉冷却材系の停止ループの誤起動	-	停止ループの低温の冷却材が炉心に注入され、炉心に正の反応度が添加された後の反応度フィードバック効果により原子炉出力は低下し整定する。このように、本事象では対処設備は不要であるため、溢水評価上考慮不要。
外部電源喪失	○	
給水加熱喪失	○	
原子炉冷却材流量制御系の誤動作	○	
負荷の喪失	○	
主蒸気隔離弁の誤閉止	○	
給水制御系の故障	○	
原子炉圧力制御系の故障	○	
給水流量の全喪失	○	

第1.2-3表 溢水評価上想定する起回事象の抽出
(設計基準事故)

起回事象	考慮 要否 要：○ 否：-	スクリーンアウトする理由
原子炉冷却材喪失 (LOCA)	○*	
原子炉冷却材流量の喪失	○	
原子炉冷却材ポンプの軸固着	-	溢水の発生によって原子炉冷却材ポンプの回転軸は固着しない。
制御棒落下	-	溢水の発生によって制御棒落下は発生しない。
放射性気体廃棄物処理施設の破損	-	本事象の発生によって原子炉に外乱は発生しない。
主蒸気管破断	○*	
燃料集合体の落下	-	溢水の影響により燃料集合体は落下しない。
可燃性ガスの発生	○	原子炉冷却材喪失に包含される。
動荷重の発生	○	原子炉冷却材喪失に包含される。

* 溢水の原因となり得る事象であるため、対策として考慮する。なお、原子炉格納容器外での溢水が想定される「主給水管破断」及び「主蒸気管破断」については、「想定破損による没水影響評価」において想定破損による没水評価を実施し、結果として防護対象設備が機能喪失しないことを確認している。

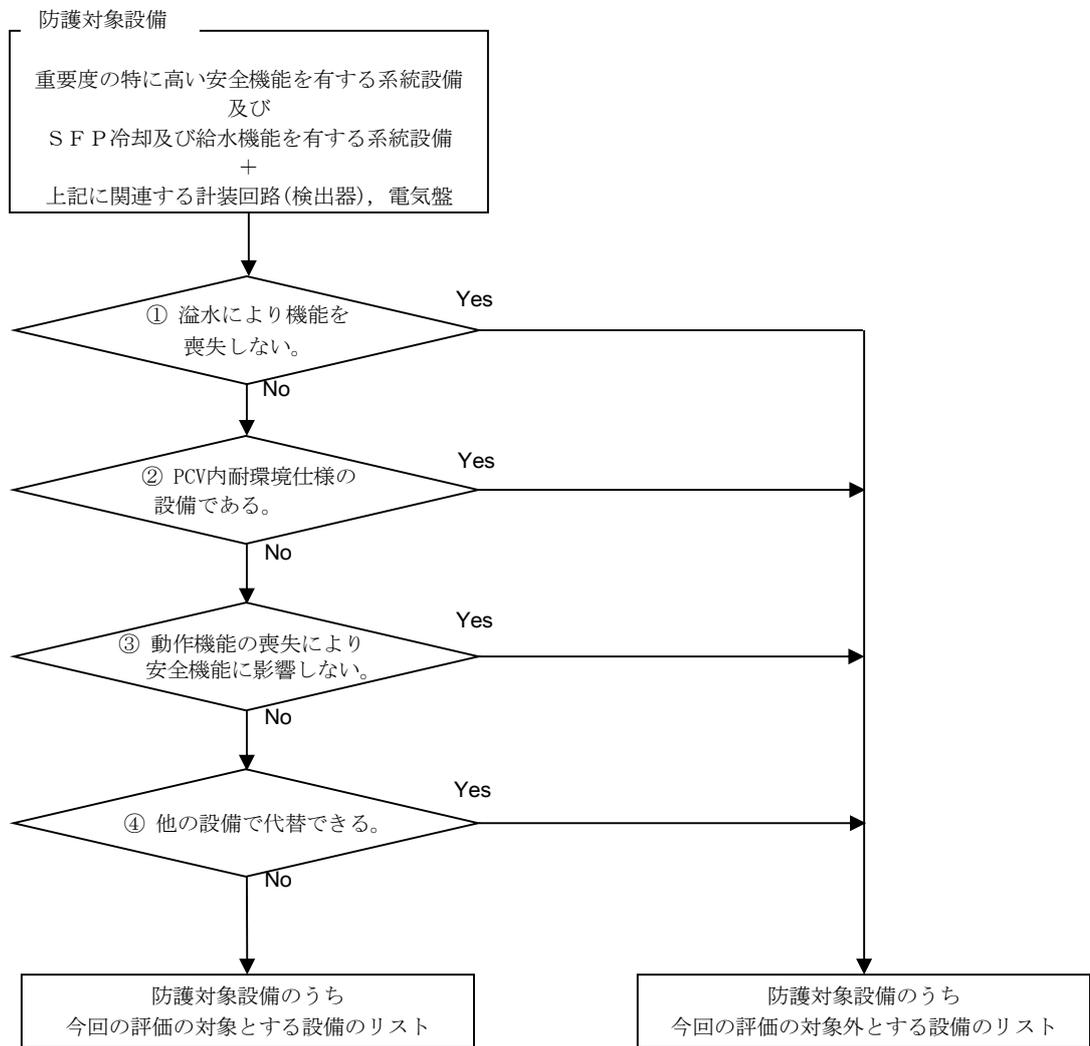
第1.2-4表 溢水評価上想定する事象とその対処系統

	溢水評価上 想定する事象	左記事象に対する 対処機能	対処系統*
運転時の 異常な 過渡変化	「原子炉起動時における制御棒の異常な引き抜き」 「出力運転中の制御棒の異常な引き抜き」 「外部電源喪失」 「給水加熱喪失」 「給水制御系の故障」 「給水流量の全喪失」 「負荷の喪失」 「主蒸気隔離弁の誤閉止」 「原子炉圧力制御系の故障」 「原子炉冷却材流量制御系の誤動作」	<ul style="list-style-type: none"> ・原子炉の緊急停止 ・工学的安全施設及び原子炉停止系への作動信号の発生 ・原子炉圧力の上昇の緩和 ・出力上昇の抑制 	<ul style="list-style-type: none"> ・制御棒及び制御棒駆動系（スクラム機能） ・安全保護系 ・逃がし安全弁（逃がし弁機能）
設計基準 事故	「原子炉冷却材喪失」 「原子炉冷却材流量の喪失」 「主蒸気管破断」	上記機能に加え <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉冷却材圧力バウンダリの過圧防止 ・原子炉停止後の除熱 ・炉心冷却 ・放射性物質の閉じ込め ・安全上特に重要な関連機能 	上記機能に加え <ul style="list-style-type: none"> ・逃がし安全弁（安全弁としての開機能） ・残留熱除去系 ・原子炉隔離時冷却系 ・低圧注水系 ・低圧炉心スプレイ系 ・高圧炉心スプレイ系 ・自動減圧系 ・格納容器 ・格納容器隔離弁 ・格納容器冷却系 ・非常用電源系 ・非常用ガス処理系 ・非常用ガス再循環系 ・可燃性ガス濃度制御系

* 上記系統に係る間接系についても防護対象設備として抽出する。

第 1.2-5 表 燃料プール冷却及びプールへの給水機能を有する系統・機器

その機能を有する系統の多重性又は多様性を 要求する安全機能	系統・機器	重要度 分類
燃料プール冷却機能	燃料プール冷却浄化系 残留熱除去系	PS-3
燃料プールへの給水機能	残留熱除去系	MS-2



第 1.2-1 図 防護対象設備のうち溢水影響評価対象の選定フロー

第 1.2-6 表 溢水影響評価の対象外とする理由

各ステップの項目	理由
① 溢水により機能を喪失しない。	容器、熱交換器、ろ過脱塩器、フィルタ、安全弁、逆止弁、配管等の静的機器は、構造が単純で外部からの動力の供給を必要としないことから、溢水により機能喪失はしない。
② PCV 内耐環境仕様の設備である。	PCV 内設備のうち、温度・圧力条件及び溢水影響を考慮した耐環境仕様の設備は、溢水により機能喪失しない。 なお、対象設備が耐環境仕様であることの確認は、メーカ試験等で行った事故時の環境条件を模擬した試験結果を確認することにより行う。
③ 動作機能の喪失により安全機能に影響しない。 *	機能要求のない電動弁及び状態が変わらず安全機能に影響しない電動弁等は、機能喪失しても安全機能に影響しない。
④ 他の設備で代替できる。	他の設備により要求機能が代替できる設備は、機能喪失しても安全機能に影響しない。

*フェイルセーフ設計となっている機器であっても、電磁弁、空気作動弁については、溢水による誤動作等防止の観点から安全側に防護対象設備に分類。

第 1.2-7 表 評価対象除外リスト (1/12)

系統名称	設置場所	区画番号	機器名称	機器番号	除外理由
制御棒駆動系	原子炉 建屋	(PCV 内)	制御棒駆動機構	-	①
原子炉補機 冷却系	原子炉 建屋	RB-6-1	RCW サージタンク	RCW-VSL-ST	①
原子炉補機 冷却系	タービン 建屋	TB-1-1	RCW 熱交換器(A)	RCW-HEX-A	①
原子炉補機 冷却系	タービン 建屋	TB-1-1	RCW 熱交換器(B)	RCW-HEX-B	①
原子炉補機 冷却系	タービン 建屋	TB-1-1	RCW 熱交換器(C)	RCW-HEX-C	①
残留熱除去系	原子炉 建屋	RB-4-1	RHR ヘッドスプレイ隔離弁	E12-F023(MO)	③
残留熱除去系	原子炉 建屋	(PCV 内)	RHR (A)系 注入ラインテスト逆止弁	E12-F041A(NO)	①
残留熱除去系	原子炉 建屋	(PCV 内)	RHR (B)系 注入ラインテスト逆止弁	E12-F041B(NO)	①
残留熱除去系	原子炉 建屋	(PCV 内)	RHR (C)系 注入ラインテスト逆止弁	E12-F041C(NO)	①
残留熱除去系	原子炉 建屋	RB-3-1	RHR (C)系 テストライン弁	E12-F021(MO)	③
残留熱除去系	原子炉 建屋	(PCV 内)	RHR シャットダウンライン隔離弁 (内側)	E12-F009(MO)	②
残留熱除去系	原子炉 建屋	(PCV 内)	RHR (A)系試験可能逆止弁 バイパス弁	E12-F099A(MO)	②
残留熱除去系	原子炉 建屋	(PCV 内)	RHR (B)系試験可能逆止弁 バイパス弁	E12-F099B(MO)	②
残留熱除去系	原子炉 建屋	(PCV 内)	RHR (A)系停止時冷却ライン テスト逆止弁	E12-F050A(NO)	①
残留熱除去系	原子炉 建屋	(PCV 内)	RHR (B)系停止時冷却ライン テスト逆止弁	E12-F050B(NO)	①
残留熱除去系	原子炉 建屋	RB-1-3	RHR 熱交換器(A)入口弁	E12-F047A(MO)	③
残留熱除去系	原子炉 建屋	RB-1-7	RHR 熱交換器(B)入口弁	E12-F047B(MO)	③

第 1.2-7 表 評価対象除外リスト (2/12)

系統名称	設置場所	区画番号	機器名称	機器番号	除外理由
残留熱除去系	原子炉 建屋	RB-B1-3	RHR (B) 凝縮水ラインドレン弁	E12-F011B (M0)	③
残留熱除去系	原子炉 建屋	RB-B1-3	RHR 熱交換器(B) 出口弁	E12-F003B (M0)	③
残留熱除去系	原子炉 建屋	RB-B1-4	RHR (A) ラドウエスト隔離弁 (内側)	E12-F040 (M0)	③
残留熱除去系	原子炉 建屋	RB-B1-4	RHR (A) ラドウエスト隔離弁 (外側)	E12-F049 (M0)	③
残留熱除去系	原子炉 建屋	RB-B1-4	RHR (A) 凝縮水ラインドレン弁	E12-F011A (M0)	③
残留熱除去系	原子炉 建屋	RB-B1-4	RHR 熱交換器(A) 出口弁	E12-F003A (M0)	③
残留熱除去系	原子炉 建屋	RB-B2-4	RHR 熱交換器(B)	RHR-HEX-B001B	①
残留熱除去系	原子炉 建屋	RB-B2-9	RHR 熱交換器(A)	RHR-HEX-B001A	①
残留熱除去系	原子炉 建屋	(PCV 内)	スプレヘッド (サプレッション・チェンバ側)	-	①
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (A)	B22-F013A (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (B)	B22-F013B (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (C)	B22-F013C (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (D)	B22-F013D (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (E)	B22-F013E (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (F)	B22-F013F (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (G)	B22-F013G (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (H)	B22-F013H (A0)	②

第 1.2-7 表 評価対象除外リスト (3/12)

系統名称	設置場所	区画番号	機器名称	機器番号	除外理由
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (J)	B22-F013J (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (K)	B22-F013K (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (L)	B22-F013L (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (M)	B22-F013M (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (N)	B22-F013N (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (P)	B22-F013P (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (R)	B22-F013R (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (S)	B22-F013S (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (U)	B22-F013U (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気逃がし安全弁 (V)	B22-F013V (A0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気隔離弁第 1 弁 (A)	B22-F022A (N0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気隔離弁第 1 弁 (B)	B22-F022B (N0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気隔離弁第 1 弁 (C)	B22-F022C (N0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気隔離弁第 1 弁 (D)	B22-F022D (N0)	②
主蒸気系	原子炉 建屋	(PCV 内)	主蒸気ドレン弁 (内側隔離弁)	B22-F016 (M0)	②
給水系	原子炉 建屋	RB-2-1	給水管 (A) 逆止弁	B22-F032A (A0)	①
給水系	原子炉 建屋	RB-2-1	給水管 (B) 逆止弁	B22-F032B (A0)	①

第 1.2-7 表 評価対象除外リスト (4/12)

系統名称	設置場所	区画番号	機器名称	機器番号	除外理由
制御用 圧縮空気系	原子炉 建屋	RB-3-1	ADS 用 窒素ガスポンベ (東)	-	①
制御用 圧縮空気系	原子炉 建屋	RB-3-2	ADS 用 窒素ガスポンベ (西)	-	①
中央制御室 換気系	原子炉 建屋	CS-3-1	EXP. TK.	HVAC-VSL-MCR -EXP-1	①
中央制御室 換気系	原子炉 建屋	CS-3-1	EXP. TK.	HVAC-VSL-MCR -EXP-2	①
スイッチギヤ 室換気系	原子炉 建屋	CS-3-1	EXP. TK.	HVAC-VSL-SWGR -EXP-1	①
スイッチギヤ 室換気系	原子炉 建屋	CS-3-1	EXP. TK.	HVAC-VSL-SWGR -EXP-2	①
燃料プール 冷却浄化系	原子炉 建屋	(5F ボトム)	FPC スキマサージタンク (A)	FPC-VSL-A001A	①
燃料プール 冷却浄化系	原子炉 建屋	(5F ボトム)	FPC スキマサージタンク (B)	FPC-VSL-A001B	①
燃料プール 冷却浄化系	原子炉 建屋	RB-4-6	FPC F/D(A) 入口弁	G41-20A(MO)	③
燃料プール 冷却浄化系	原子炉 建屋	RB-4-9	FPC F/D(B) 入口弁	G41-20B(MO)	③
燃料プール 冷却浄化系	原子炉 建屋	RB-4-6	FPC フィルタ脱塩器 (A)	FPC-FLT-1A	①
燃料プール 冷却浄化系	原子炉 建屋	RB-4-9	FPC フィルタ脱塩器 (B)	FPC-FLT-1B	①
燃料プール 冷却浄化系	原子炉 建屋	RB-4-17	FPC 熱交換器 (A)	FPC-HEX-B001A	①
燃料プール 冷却浄化系	原子炉 建屋	RB-4-17	FPC 熱交換器 (B)	FPC-HEX-B001B	①
非常用ディー ゼル発電設備	原子炉 建屋	CS-B2-5	2 C 非常用ディーゼル発電機 空気だめ A	VSL-2C-DGAE -1A	①
非常用ディー ゼル発電設備	原子炉 建屋	CS-B2-3	2 D 非常用ディーゼル発電機 空気だめ A	VSL-2D-DGAE -1A	①
非常用ディー ゼル発電設備	原子炉 建屋	CS-B1-3	DG 2D 清水膨張タンク	DG-VSL-2D -DGCW-1	①

第 1.2-7 表 評価対象除外リスト (5/12)

系統名称	設置場所	区画番号	機器名称	機器番号	除外理由
非常用ディーゼル発電設備	原子炉 建屋	CS-B1-5	DG 2C 清水膨張タンク	DG-VSL-2C -DGCW-1	①
非常用ディーゼル発電設備	原子炉 建屋	CS-B2-5	DG 2C 清水冷却器	DG-2C-DGCW -HEX-1	①
非常用ディーゼル発電設備	原子炉 建屋	CS-B2-5	DG 2C 潤滑油冷却器	DG-2C-DGLO -HEX-1	①
非常用ディーゼル発電設備	原子炉 建屋	CS-B2-3	DG 2D 清水冷却器	DG-2D-DGCW -HEX-1	①
非常用ディーゼル発電設備	原子炉 建屋	CS-B2-3	DG 2D 潤滑油冷却器	DG-2D-DGLO -HEX-1	①
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備	原子炉 建屋	CS-B2-4	HPCS DG 清水冷却器	DG-HPCS-DGCW -HEX-1	①
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備	原子炉 建屋	CS-B2-4	HPCS DG 潤滑油冷却器	DG-HPCS-DGLO -HEX-1	①
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備	原子炉 建屋	CS-B1-4	HPCS DG 清水膨張タンク	DG-VSL-HPCS -DGCW-1	①
高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電設備	原子炉 建屋	CS-B2-4	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機空気だめ A	VSL-HPCS-DGAE -1A	①
ほう酸水注入系	原子炉 建屋	RB-3-2	SLC テスト逆止弁	C41-F006 (AO)	①
補機冷却海水系	タービン 建屋	TB-1-1	RCW 熱交換器(A) 四方弁 (ASW)	7-11W1A (MO)	③
補機冷却海水系	タービン 建屋	TB-1-1	RCW 熱交換器(B) 四方弁 (ASW)	7-11W1B (MO)	③
補機冷却海水系	タービン 建屋	TB-1-1	RCW 熱交換器(C) 四方弁 (ASW)	7-11W1C (MO)	③
原子炉隔離時冷却系	原子炉 建屋	(PCV 内)	RCIC 内側テスト逆止弁	E51-F066 (NO)	①
原子炉隔離時冷却系	原子炉 建屋	(PCV 内)	RCIC 内側隔離弁	E51-F063 (MO)	②
原子炉隔離時冷却系	原子炉 建屋	RB-4-1	RCIC 外側テスト逆止弁	E51-F065 (AO)	①
原子炉隔離時冷却系	原子炉 建屋	RB-B2-8	RCIC 復水貯蔵タンク水供給弁	E51-F010 (MO)	③

第 1.2-7 表 評価対象除外リスト (6/12)

系統名称	設置場所	区画番号	機器名称	機器番号	除外理由
原子炉隔離時 冷却系	原子炉 建屋	RB-B2-10	オイルクーラー	-	①
原子炉隔離時 冷却系	原子炉 建屋	RB-B2-10	RCIC ポンプ出口弁	E51-F012 (MO)	③
原子炉隔離時 冷却系	原子炉 建屋	RB-B2-10	原子炉隔離時冷却系テスト バイパス弁	E51-F022 (MO)	③
原子炉隔離時 冷却系	原子炉 建屋	RB-B2-17	バロメトリックコンデンサー	RCIC-HEX -C002/VT	①
原子炉隔離時 冷却系	原子炉 建屋	RB-B2-17	真空タンク	RCIC-HEX -C002/VT	①
原子炉建屋 換気系	原子炉 建屋	CS-3-1	C/S 給気隔離ダンパ SB-2-1A アキュムレータ	HVAC-VSL-SB2 -1A-ACCUM	①
原子炉建屋 換気系	原子炉 建屋	CS-3-1	C/S 給気隔離ダンパ SB-2-1B アキュムレータ	HVAC-VSL-SB2 -1B-ACCUM	①
原子炉建屋 換気系	原子炉 建屋	CS-3-1	C/S 給気隔離ダンパ SB-2-1C アキュムレータ	HVAC-VSL-SB2 -1C-ACCUM	①
原子炉建屋 換気系	原子炉 建屋	CS-3-1	C/S 給気隔離ダンパ SB-2-1D アキュムレータ	HVAC-VSL-SB2 -1D-ACCUM	①
原子炉建屋 換気系	原子炉 建屋	CS-3-2	C/S 給気隔離ダンパ SB-2-2A アキュムレータ	HVAC-VSL-SB2 -2A-ACCUM	①
原子炉建屋 換気系	原子炉 建屋	CS-3-2	C/S 給気隔離ダンパ SB-2-2B アキュムレータ	HVAC-VSL-SB2 -2B-ACCUM	①
原子炉建屋 換気系	原子炉 建屋	CS-3-3	C/S 給気隔離ダンパ SB-2-2C アキュムレータ	HVAC-VSL-SB2 -2C-ACCUM	①
原子炉建屋 換気系	原子炉 建屋	CS-3-3	C/S 給気隔離ダンパ SB-2-2D アキュムレータ	HVAC-VSL-SB2 -2D-ACCUM	①
原子炉 再循環系	原子炉 建屋	(PCV 内)	PLR 炉水サンプリング弁 (内側隔離弁)	B35-F019 (AO)	②
原子炉冷却材 浄化系	原子炉 建屋	(PCV 内)	CUW 内側隔離弁	G33-F001 (MO)	②
高圧炉心 スプレイ系	原子炉 建屋	(PCV 内)	HPCS テスタブル逆止弁	E22-F005 (NO)	①
高圧炉心 スプレイ系	原子炉 建屋	RB-1-2	HPCS SUPP. テスト弁	E22-F023 (MO)	③

第 1.2-7 表 評価対象除外リスト (7/12)

系統名称	設置場所	区画番号	機器名称	機器番号	除外理由
高压炉心 スプレイ系	原子炉 建屋	RB-1-2	高压炉心スプレイ系 CST テスト弁	E22-F010 (MO)	③
低压炉心 スプレイ系	原子炉 建屋	(PCV 内)	LPCS テスト逆止弁	E21-F006 (NO)	①
低压炉心 スプレイ系	原子炉 建屋	RB-1-1	LPCS テストバイパス弁	E21-F012 (MO)	③
中性子計装系	原子炉 建屋	(PCV 内/炉内)	SRNM CH (A) (検出器)	C51-N002A	②
中性子計装系	原子炉 建屋	(PCV 内/炉内)	SRNM CH (B) (検出器)	C51-N002B	②
中性子計装系	原子炉 建屋	(PCV 内/炉内)	SRNM CH (C) (検出器)	C51-N002C	②
中性子計装系	原子炉 建屋	(PCV 内/炉内)	SRNM CH (D) (検出器)	C51-N002D	②
中性子計装系	原子炉 建屋	(PCV 内/炉内)	SRNM CH (E) (検出器)	C51-N002E	②
中性子計装系	原子炉 建屋	(PCV 内/炉内)	SRNM CH (F) (検出器)	C51-N002F	②
中性子計装系	原子炉 建屋	(PCV 内/炉内)	SRNM CH (G) (検出器)	C51-N002G	②
中性子計装系	原子炉 建屋	(PCV 内/炉内)	SRNM CH (H) (検出器)	C51-N002H	②
中性子計装系	原子炉 建屋	RB-2-6	TIP バルブアッセンブリ (A)	VALVE ASS A (MO)	③
中性子計装系	原子炉 建屋	RB-2-6	TIP バルブアッセンブリ (B)	VALVE ASS B (MO)	③
中性子計装系	原子炉 建屋	RB-2-6	TIP バルブアッセンブリ (C)	VALVE ASS C (MO)	③
中性子計装系	原子炉 建屋	RB-2-6	TIP バルブアッセンブリ (D)	VALVE ASS D (MO)	③
中性子計装系	原子炉 建屋	RB-2-6	TIP バルブアッセンブリ (E)	VALVE ASS E (MO)	③
主蒸気隔離弁 漏えい抑制系	原子炉 建屋	RB-2-1	主蒸気隔離弁ブリードライン(A) 入口弁	E32-F002E (MO)	③

第 1.2-7 表 評価対象除外リスト (8/12)

系統名称	設置場所	区画番号	機器名称	機器番号	除外理由
主蒸気隔離弁 漏えい抑制系	原子炉 建屋	RB-2-1	主蒸気隔離弁ブリードライン(B) 入口弁	E32-F002F (M0)	③
主蒸気隔離弁 漏えい抑制系	原子炉 建屋	RB-2-1	主蒸気隔離弁ブリードライン(C) 入口弁	E32-F002G (M0)	③
主蒸気隔離弁 漏えい抑制系	原子炉 建屋	RB-2-1	主蒸気隔離弁ブリードライン(D) 入口弁	E32-F002H (M0)	③
主蒸気隔離弁 漏えい抑制系	原子炉 建屋	RB-2-1	主蒸気隔離弁ブリードライン (A) ベント元弁	E32-F004E (M0)	③
主蒸気隔離弁 漏えい抑制系	原子炉 建屋	RB-2-1	主蒸気隔離弁ブリードライン (B) ベント元弁	E32-F004F (M0)	③
主蒸気隔離弁 漏えい抑制系	原子炉 建屋	RB-2-1	主蒸気隔離弁ブリードライン (C) ベント元弁	E32-F004G (M0)	③
主蒸気隔離弁 漏えい抑制系	原子炉 建屋	RB-2-1	主蒸気隔離弁ブリードライン (D) ベント元弁	E32-F004H (M0)	③
主蒸気隔離弁 漏えい抑制系	原子炉 建屋	RB-1-1	MSIV-LCS (A) 共通ベント逆止弁	E32-F008A (A0)	①
主蒸気隔離弁 漏えい抑制系	原子炉 建屋	RB-1-2	MSIV-LCS (B) 共通ベント逆止弁	E32-F008B (A0)	①
主蒸気隔離弁 漏えい抑制系	原子炉 建屋	RB-1-1	MSIV-LCS 共通ベント弁 (A)	E32-F007A (M0)	③
主蒸気隔離弁 漏えい抑制系	原子炉 建屋	RB-1-2	MSIV-LCS 共通ベント弁 (B)	E32-F007B (M0)	③
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	SUPP CHAMBER WATER TEMP (検出器)	TE-26-79. 50A	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	SUPP CHAMBER WATER TEMP (検出器)	TE-26-79. 50C	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	DRYWELL TEMP (検出器)	TE-26-79. 51	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	DRYWELL TEMP (検出器)	TE-26-79. 52	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	CRD ENCL BETWEEN PIPES TEMP (検出器)	TE-26-79. 53A	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	CRD ENCL AT WALL TEMP (検出器)	TE-26-79. 53B	②

第 1.2-7 表 評価対象除外リスト (9/12)

系統名称	設置場所	区画番号	機器名称	機器番号	除外理由
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	ドライウエル真空破壊弁 (AC 系)	2-26V40 (NO)	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	ドライウエル真空破壊弁 (AC 系)	2-26V41 (NO)	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	ドライウエル真空破壊弁 (AC 系)	2-26V42 (NO)	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	ドライウエル真空破壊弁 (AC 系)	2-26V43 (NO)	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	ドライウエル真空破壊弁 (AC 系)	2-26V44 (NO)	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	ドライウエル真空破壊弁 (AC 系)	2-26V45 (NO)	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	ドライウエル真空破壊弁 (AC 系)	2-26V46 (NO)	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	ドライウエル真空破壊弁 (AC 系)	2-26V47 (NO)	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	ドライウエル真空破壊弁 (AC 系)	2-26V48 (NO)	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	ドライウエル真空破壊弁 (AC 系)	2-26V49 (NO)	②
不活性ガス系	原子炉 建屋	(PCV 内)	ドライウエル真空破壊弁 (AC 系)	2-26V56 (NO)	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH223° PEDE WELL SENSOR (A) (検出器)	TE-T23-N001A	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH223° PEDE WELL SENSOR (B) (検出器)	TE-T23-N001B	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH223° PEDE WELL SENSOR (C) (検出器)	TE-T23-N001C	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH223° PEDE WELL SENSOR (D) (検出器)	TE-T23-N001D	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH343° PEDE WELL SENSOR (A) (検出器)	TE-T23-N002A	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH343° PEDE WELL SENSOR (B) (検出器)	TE-T23-N002B	②

第 1.2-7 表 評価対象除外リスト (10/12)

系統名称	設置場所	区画番号	機器名称	機器番号	除外理由
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH343° PEDE WELL SENSOR (C) (検出器)	TE-T23-N002C	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH343° PEDE WELL SENSOR (D) (検出器)	TE-T23-N002D	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH103° PEDE WELL SENSOR (A) (検出器)	TE-T23-N003A	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH103° PEDE WELL SENSOR (B) (検出器)	TE-T23-N003B	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH103° PEDE WELL SENSOR (C) (検出器)	TE-T23-N003C	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH103° PEDE WELL SENSOR (D) (検出器)	TE-T23-N003D	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH163° PEDE WELL SENSOR (A) (検出器)	TE-T23-N004A	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH163° PEDE WELL SENSOR (B) (検出器)	TE-T23-N004B	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH163° PEDE WELL SENSOR (C) (検出器)	TE-T23-N004C	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH163° PEDE WELL SENSOR (D) (検出器)	TE-T23-N004D	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH283° PEDE WELL SENSOR (A) (検出器)	TE-T23-N005A	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH283° PEDE WELL SENSOR (B) (検出器)	TE-T23-N005B	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH283° PEDE WELL SENSOR (C) (検出器)	TE-T23-N005C	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH283° PEDE WELL SENSOR (D) (検出器)	TE-T23-N005D	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH43° PEDE WELL SENSOR (A) (検出器)	TE-T23-N006A	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH43° PEDE WELL SENSOR (B) (検出器)	TE-T23-N006B	②
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH43° PEDE WELL SENSOR (C) (検出器)	TE-T23-N006C	②

第 1.2-7 表 評価対象除外リスト (11/12)

系統名称	設置場所	区画番号	機器名称	機器番号	除外理由
原子炉系	原子炉 建屋	(PCV 内)	AZIMUTH43° PEDE WELL SENSOR(D) (検出器)	TE-T23-N006D	②
復水移送系	CST エリア	CST-B1-1	復水貯蔵タンク (A)	CST-VSL-A	①
復水移送系	CST エリア	CST-B1-1	復水貯蔵タンク (B)	CST-VSL-B	①
消火系	原子炉 建屋	RB-3-1	ペDESTAL注入ライン隔離弁	2-20V603 (MO)	③
事故時サンプ リング系	原子炉 建屋	RB-2-2	事故時サンプリング装置 炉水サンプリング第 1 隔離弁	V25-1001 (MO)	③
事故時サンプ リング系	原子炉 建屋	RB-2-2	事故時サンプリング装置 炉水サンプリング第 2 隔離弁	V25-1002 (MO)	③
事故時サンプ リング系	原子炉 建屋	RB-1-1	事故時サンプリング装置 RHR サンプリング第 1 隔離弁	V25-1003 (MO)	③
事故時サンプ リング系	原子炉 建屋	RB-1-1	事故時サンプリング装置 RHR サンプリング第 2 隔離弁	V25-1004 (MO)	③
事故時サンプ リング系	原子炉 建屋	RB-B1-1	事故時サンプリング装置 炉水サンプリング戻り第 1 隔離弁	V25-1005 (MO)	③
事故時サンプ リング系	原子炉 建屋	RB-B1-1	事故時サンプリング装置 炉水サンプリング戻り第 2 隔離弁	V25-1006 (MO)	③
可燃性ガス 濃度制御系	原子炉 建屋	RB-3-1	FCS 冷却器 (A)	FCS-HEX-2A	①
可燃性ガス 濃度制御系	原子炉 建屋	RB-3-1	FCS 気水分離器 (A)	FCS-WATER -SEPARATOR-A	①
可燃性ガス 濃度制御系	原子炉 建屋	RB-3-1	REACTION CHAMBER (A)	-	①
可燃性ガス 濃度制御系	原子炉 建屋	RB-3-2	FCS 冷却器 (B)	FCS-HEX-2B	①
可燃性ガス 濃度制御系	原子炉 建屋	RB-3-2	FCS 気水分離器 (B)	FCS-WATER -SEPARATOR-B	①
可燃性ガス 濃度制御系	原子炉 建屋	RB-3-2	REACTION CHAMBER (B)	-	①
全対象系統	全対象 エリア	-	手動弁, 逆止弁, 手動ダンパ, 過流量阻止弁等	-	①

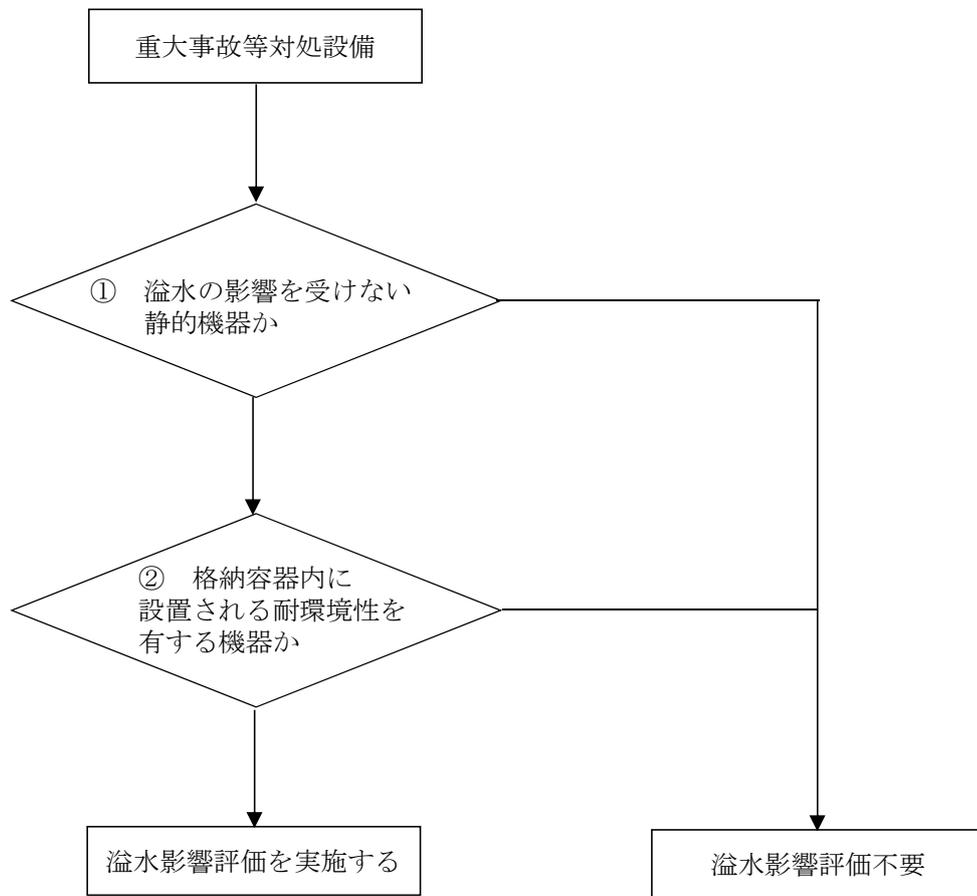
第 1.2-7 表 評価対象除外リスト (12/12)

系統名称	設置場所	区画番号	機器名称	機器番号	除外理由
全対象系統	全対象エリア	-	配管, 鋼管ダクト一式	-	①
全対象系統	全対象エリア	-	ストレーナ, フィルタ, オリフィス一式	-	①
使用済燃料 乾式貯蔵設備	使用済燃料 乾式貯蔵 建屋	-	使用済燃料乾式貯蔵容器	-	①

1.3 溢水評価対象の重大事故等対処設備の選定について

重大事故等対処設備のうち、溢水の影響を受けて要求される機能を損なうおそれのない設備については、評価対象外とする。

重大事故等対処設備の溢水評価の考え方及び理由について、第 1.3-1 図及び第 1.3-1 表に示すとともに、溢水影響評価対象外とした設備リストを第 1.3-2 表に示す。



第 1.3-1 図 重大事故等対処設備の溢水評価の考え方

第 1.3-1 表 溢水影響評価の対象外とする理由

各ステップの項目	理由
<p>① 溢水の影響を受けない静的機器</p>	<p>構造が単純で外部からの動力の供給を必要としない容器、熱交換器、フィルタ、安全弁、逆止弁、手動弁、配管類は、溢水の影響を受けても要求される機能を損なわない。また、防護すべき設備に係るケーブルは没水に対する耐性を有しており、要求される機能を損なわない。</p> <p>ポンベについては、没水および被水による影響で要求される機能を損なうことはないが、蒸気影響により要求される機能を損なうおそれがあるため、蒸気影響に対する評価を行う。</p>
<p>② 原子炉格納容器内に設置される耐環境性を有する機器</p>	<p>原子炉格納容器内で想定される溢水である LOCA 及び主蒸気・主給水管破断時の原子炉格納容器内の状態を考慮しても、安全機能を損なわない。</p>

第1.3-2図 重大事故等対処設備のうち評価対象外とした設備リスト (1 / 4)

区分	設備名称	評価対象外とした理由	備考
1. 原子炉本体	炉心シュラウド	①	
1. 原子炉本体	シュラウドサポート	①	
1. 原子炉本体	上部格子板	①	
1. 原子炉本体	炉心支持板	①	
1. 原子炉本体	中央燃料支持金具	①	
1. 原子炉本体	周辺燃料支持金具	①	
1. 原子炉本体	制御棒案内管	①	
1. 原子炉本体	原子炉圧力容器	①	
1. 原子炉本体	ジェットポンプ	①	
2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	使用済燃料プール	①	
2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	使用済燃料貯蔵ラック	①	
2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	スキマサージタンク (A) (B)	①	
2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	代替燃料プール冷却系熱交換器	①	
2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置	①	
2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	静的サイフォンブレイカ	①	
3. 原子炉冷却系統施設	自動減圧機能用アキュムレータ	②	
3. 原子炉冷却系統施設	B22-F013 A, B, C, D, E, F, G, H, J, K, L, M, N, P, R, S, U, V	②	
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系熱交換器A	①	
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系熱交換器B	①	
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ストレーナA	①	
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ストレーナB	①	
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ストレーナC	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F005)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F025A)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F025B)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F025C)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-FF028)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	高圧炉心スプレイ系ストレーナ	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E22-F014)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E22-F035)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	低圧炉心スプレイ系ストレーナ	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E21-F018)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E21-F031)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	原子炉隔離時冷却系ストレーナ	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E51-F017)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	代替淡水貯槽 (水槽A, B, C, D, E, F)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	西側淡水貯水設備	①	
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系海水系ストレーナA	①	
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系海水系ストレーナB	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (3-12VB001A)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (3-12VB001B)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	緊急用海水系ストレーナ	①	

第1.3-2図 重大事故等対処設備のうち評価対象外とした設備リスト (2 / 4)

区分	設備名称	評価対象外とした理由	備考
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F088A)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F088B)	①	
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F088C)	①	
4. 計測制御系統施設	制御棒	②	
4. 計測制御系統施設	制御棒駆動機構	①	
4. 計測制御系統施設	弁 (C41-F029A)	①	
4. 計測制御系統施設	弁 (C41-F029B)	①	
4. 計測制御系統施設	起動領域計装 (C52-M002A~H)	②	
4. 計測制御系統施設	出力領域計装 (検出器番)	②	
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力容器温度 (TE-B22-N030H, TE-B22-N030S)	②	
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力容器温度 (TE-B22-N030C, TE-B22-N030G)	②	
4. 計測制御系統施設	サブプレッション・プール水温度 (TE-T23-N040, N050)	②	
4. 計測制御系統施設	サブプレッション・プール水温度 (TE-T23-N030)	②	
4. 計測制御系統施設	ドライウェル雰囲気温度 (TE-26-79. 61A, 61B, 62A, 62B)	②	
4. 計測制御系統施設	ドライウェル雰囲気温度 (TE-26-79. 63A, 63B, 64A, 64B)	②	
4. 計測制御系統施設	サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 (TE-26-79. 65A)	②	
4. 計測制御系統施設	サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 (TE-26-79. 65B)	②	
4. 計測制御系統施設	格納容器下部水温 (TE-SA42-N100A, B, C, D, E) (TE-SA42-N200A, B, C, D, E)	②	
4. 計測制御系統施設	格納容器下部水位 (LS-SA42-N001A, 002A, 003A, 004A, 005A) (LS-SA42-N001B, 002B, 003B, 004B, 005B)	②	
4. 計測制御系統施設	弁 (3-16V18A)	①	
4. 計測制御系統施設	弁 (3-16V18B)	①	
5. 放射性廃棄物の廃棄施設	非常用ガス処理系排気筒	①	
6. 放射線管理施設	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) (RE-D23-N003B)	②	
6. 放射線管理施設	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) (RE-D23-N003A)	②	
6. 放射線管理施設	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) (RE-D23-N003C)	②	
6. 放射線管理施設	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) (RE-D23-N003D)	②	
6. 放射線管理施設	一次遮蔽	①	
6. 放射線管理施設	二次遮蔽	①	
6. 放射線管理施設	中央制御室遮蔽	①	
6. 放射線管理施設	中央制御室遮蔽	①	
6. 放射線管理施設	緊急時対策所遮蔽	①	
6. 放射線管理施設	第二弁操作室遮蔽	①	
6. 放射線管理施設	フィルタ装置遮蔽	①	
6. 放射線管理施設	配管遮蔽	①	
7. 原子炉格納施設	原子炉格納容器 (サブプレッション・チェンバ)	①	
7. 原子炉格納施設	原子炉格納容器 (ドライウェル)	①	
7. 原子炉格納施設	機器搬入用ハッチ	①	
7. 原子炉格納施設	所員用エアロック	①	
7. 原子炉格納施設	サブプレッション・チェンバアクセスハッチ	①	
7. 原子炉格納施設	原子炉格納容器貫通部	①	
7. 原子炉格納施設	原子炉建屋原子炉棟	①	

第1.3-2図 重大事故等対処設備のうち評価対象外とした設備リスト (3 / 4)

区分	設備名称	評価対象外とした理由	備考
7. 原子炉格納施設	原子炉建屋大物搬入口	①	
7. 原子炉格納施設	原子炉建屋エアロック	①	
7. 原子炉格納施設	原子炉建屋基礎盤	①	
7. 原子炉格納施設	真空破壊弁 (2-26V-40, 41, 42, 43, 44, 45, 46, 47, 48, 49, 56)	②	
7. 原子炉格納施設	ダイヤフラム・フロア	①	
7. 原子炉格納施設	ベント管	①	
7. 原子炉格納施設	静的触媒式水素再結合器	①	
7. 原子炉格納施設	圧力開放板	①	
7. 原子炉格納施設	フィルタ装置	①	
7. 原子炉格納施設	遠隔人力操作機構	①	
7. 原子炉格納施設	遠隔人力操作機構	①	
7. 原子炉格納施設	遠隔人力操作機構	①	
7. 原子炉格納施設	コリウムシールド	①	
7. 原子炉格納施設	汚濁防止膜	①	
7. 原子炉格納施設	泡混合器	①	
7. 原子炉格納施設	泡消火薬剤容器 (大型ポンプ用)	①	
7. 原子炉格納施設	移送ポンプ	①	
8. 1. 非常用電源設備	2 C非常用ディーゼル発電機空気だめA	①	
8. 1. 非常用電源設備	2 D非常用ディーゼル発電機空気だめA	①	
8. 1. 非常用電源設備	安全弁 (3-14Z1)	①	
8. 1. 非常用電源設備	安全弁 (3-14Z101)	①	
8. 1. 非常用電源設備	2 C非常用ディーゼル発電機用海水ストレーナ	①	
8. 1. 非常用電源設備	2 D非常用ディーゼル発電機用海水ストレーナ	①	
8. 1. 非常用電源設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機空気だめA	①	
8. 1. 非常用電源設備	安全弁 (3-14Z201)	①	
8. 1. 非常用電源設備	高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機用海水ストレーナ	①	
8. 1. 非常用電源設備	No.1 常設代替高圧電源装置燃料油サービスタンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	No.2 常設代替高圧電源装置燃料油サービスタンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	No.3 常設代替高圧電源装置燃料油サービスタンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	No.4 常設代替高圧電源装置燃料油サービスタンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	No.5 常設代替高圧電源装置燃料油サービスタンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	No.6 常設代替高圧電源装置燃料油サービスタンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車燃料タンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車燃料タンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車燃料タンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車燃料タンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車燃料タンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車燃料タンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	窒素供給装置用電源車燃料タンク	①	
8. 1. 非常用電源設備	窒素供給装置用電源車燃料タンク	①	
8. 6. 補機駆動用燃料設備	可搬型代替注水大型ポンプ車載燃料タンク	①	
8. 6. 補機駆動用燃料設備	可搬型代替注水中型ポンプ車載燃料タンク	①	
8. 7. 非常用取水設備	貯留堰	①	

第1.3-2図 重大事故等対処設備のうち評価対象外とした設備リスト (4 / 4)

区分	設備名称	評価対象外とした理由	備考
8. 7. 非常用取水設備	取水構造物	①	
8. 7. 非常用取水設備	S A用海水ピット取水塔	①	
8. 7. 非常用取水設備	海水引込み管	①	
8. 7. 非常用取水設備	S A用海水ピット	①	
8. 7. 非常用取水設備	緊急用海水取水管	①	
8. 7. 非常用取水設備	緊急用海水ポンピット	①	

1.4 内部溢水影響評価の対象について（設計基準対象施設）

1.4.1 はじめに

安全施設は、発電用原子炉施設内における溢水に対して安全機能を損なわない設計とする。安全機能が損なわれていないことを確認する必要がある施設は、「発電用軽水型原子炉施設の安全機能の重要度分類に関する審査指針」で規定されている重要度分類（以下「安全重要度分類」という。）のクラス1，クラス2及びクラス3に属する構築物，系統及び機器（以下「SSC」という。）とする。

その上で、上記のSSCの中から、発電用原子炉を停止するため、また、停止状態にある場合は引き続きその状態を維持するために必要な異常の発生防止の機能又は異常の影響緩和の機能を有するSSC並びに使用済燃料プールの冷却機能及び給水機能を維持するために必要な異常の発生防止の機能又は異常の影響緩和の機能を有するSSCとして、安全重要度分類のクラス1及びクラス2並びに安全評価上その機能に期待するクラス3に属するSSCを内部溢水から防護する対象とし、区画分離等により安全機能を損なわない設計とする。

防護する対象設備以外のSSCについては、機能を維持すること、損傷を考慮して代替設備により必要な機能を確保すること又は安全上支障のない期間で修復等の対応を行うこと若しくはこれらを適切に組み合わせることによってその安全機能を損なわない設計とする。

1.4.2 内部溢水影響評価の対象について

内部溢水影響評価の対象は、内部溢水の影響により機能喪失しないことを確認する必要がある。ただし、以下のいずれかに該当する場合には、内部溢水の影響により所定の安全機能が喪失しないことが明らかであることから、評価対象外とする。内部溢水影響評価の対象について、第1.4.2-1表に示す。また、参考として内部火災及び外部事象の整理も記載する。

- (1) 溢水により機能を喪失しない設備（静的機器など）
- (2) 原子炉格納容器内耐環境仕様の設備
- (3) 動作機能の喪失により安全機能に影響しない設備

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備 (1 / 14)

分類	機能	構築物、系統又は設備	防護の対象			評価の対象		
			内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象
PS 1	1) 原子炉冷却材圧力バウンダリ機能	原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する機器・配管系（計装等の小口径配管・機器は除く。）	原子炉圧力容器	○		×(2)	○	○
			原子炉再循環系ポンプ	○		×(2)	○	○
			配管、弁 隔離弁	○		○	○	○
	2) 過剰反応度の印加防止機能	制御棒カププリング	制御棒駆動機構ハウジング	○		×(2)	○	○
			中性子束計装管ハウジング	○		×(2)	○	○
			制御棒カププリング	○		×(2)	○	○
	3) 炉心形状の維持機能	炉心支持構造物（炉心シュラウド、シュラウドサポート、上部格子板、炉心支持板、燃料支持金具、制御棒案内管、制御棒駆動機構ハウジング、燃料集合体（上部タイプレート）、燃料集合体（下部タイプレート）、燃料集合体（スペーサ）	炉心シュラウド	○		×(2)	○	○
			シュラウドサポート	○		×(2)	○	○
			上部格子板	○		×(2)	○	○
			炉心支持板	○		×(2)	○	○
			燃料支持金具	○		×(2)	○	○
			制御棒案内管	○		×(2)	○	○
			制御棒駆動機構ハウジング	○		×(2)	○	○
			燃料集合体（上部タイプレート）	○		×(2)	○	○
			燃料集合体（下部タイプレート）	○		×(2)	○	○
燃料集合体（スペーサ）	○		×(2)	○	○			

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備 (2 / 14)

分類	機能	構築物, 系統又は設備	防護の対象			評価の対象		
			内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象
MSI1	1) 原子炉の緊急停止機能	原子炉停止系の制御棒による系 (制御棒及び制御棒駆動系 (スクラム機能))		○		×(2)	○	○
		原子炉停止系 (制御棒による系, ほう酸水注入系)		○		×(2)	○	○
		ほう酸水注入系 (ほう酸水注入ポンプ, 注入弁, タンク出口弁, ほう酸水貯蔵タンク, ポンプ吸込配管及びび弁, 注入配管及びび弁)		○		○	○	○
3) 原子炉冷却材圧力バウンダリの過圧防止機能	逃がし安全弁 (安全弁としての開機能)	逃がし安全弁 (安全弁開機能)		○		○	○	

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備 (3 / 14)

分類	機能	構築物, 系統又は設備	防護の対象			評価の対象		
			内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象
M S — 1	4) 原子炉停止後の除熱機能	残留熱を除去する系統 (残留熱除去系 (原子炉停止時冷却モード), 原子炉隔離時冷却系, 高圧炉心スプレイス, 逃がし安全弁 (手動逃がし機能), 自動減圧系 (手動逃がし機能))						
		残留熱除去系 (ポンプ, 熱交換器, 原子炉停止時冷却系のルートとなる配管及び弁)	○			○		○
		原子炉隔離時冷却系 (ポンプ, サプレッション・チェンバ, タービアン, サプレッション・チェンバから注水先までの配管, 弁)	○			○		○
		原子炉隔離時冷却系 (ポンプ, サプレッション・チェンバ, タービアン, サプレッション・チェンバから注入先までの配管, 弁)	○			○		○
		高圧炉心スプレイス系 (ポンプ, サプレッション・チェンバ, サプレッション・チェンバからスプレイス先までの配管, 弁, スプレイスヘッダ)	○			○		○
		逃がし安全弁 (手動逃がし機能)		○			○	○
		自動減圧系 (手動逃がし機能)		○			○	○

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備 (4 / 14)

分類	機能	構築物, 系統又は設備	防護の対象			評価の対象		
			内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象
MS-1	5) 炉心冷却機能	非常用炉心冷却系 (低圧炉心スプレイ系, 低圧注水系, 高圧炉心スプレイ系, 自動減圧系)		○			○	
		低圧炉心スプレイ系 (ポンプ, サプレション・チェンバ, サプレション・チェンバからスプレイ先までの配管, 弁, スプレイヘッド)		○			○	○
		残留熱除去系 (低圧注水系) (ポンプ, サプレション・チェンバ, サプレション・チェンバから注水先までの配管, 弁 (熱交換器パイプスライイン含む), 注水ヘッド)		○			○	○
		高圧炉心スプレイ系 (ポンプ, サプレション・チェンバ, サプレション・チェンバからスプレイ先までの配管, 弁, スプレイヘッド)		○			○	○
		自動減圧系 (逃がし安全弁)		○			○	○

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備 (5 / 14)

分類	機能	構築物, 系統又は設備	防護の対象			評価の対象			
			内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象	
MS-1	6)放射性物質の閉じ込め機能, 放射線の遮へい及び放出低減機能	原子炉格納容器, 原子炉格納容器隔離弁, 原子炉格納容器スプレイ冷却系, 原子炉建屋, 非常用ガス処理系, 非常用再循環ガス処理系, 可燃性ガス濃度制御系	原子炉格納容器本体, 貫通部, 所員用エアロック, 機器搬入ハッチ)	○	○	○	×(3)	○	○
		原子炉建屋原子炉棟	○	○	○	×(1)	○	○	
		格納容器隔離弁及び格納容器バウンダリ配管	○	○	○	○	○	○	
		主蒸気流量制限器	○	○	○	×(1)	○	○	
		残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系) (ポンプ, 熱交換器, サプレッション・チェンバからサプレッション・チェンバ及びサブプレシ先 (ドライウエル及びサブプレシオン・チェンバ気相部) までの配管, 弁, スプレイヘッド (ドライウエル及びサブプレシオン・チェンバ))	○	○	○	○	○	○	
		原子炉建屋ガス処理系 (乾燥装置, 排風機, フィルタ装置, 原子炉建屋原子炉棟吸込口から排気筒頂部までの配管, 弁)	○	○	○	○	○	○	
可燃性ガス濃度制御系 (再結合装置, 格納容器から再結合装置までの配管, 弁, 再結合装置から格納容器までの配管, 弁)	○	○	○	○	○	○			
遮蔽設備 (原子炉遮蔽壁, 一次遮蔽壁, 二次遮蔽壁)	○	○	○	○	○	○	○		

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備 (6 / 14)

分類	機能	構築物, 系統又は設備	防護の対象			評価の対象		
			内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象
MS-1	1) 工学的安全施設及び原子炉停止系への作動信号の発生機能	安全保護系		○		○	○	○
	2) 安全上特に重要な関連機能	非常用所内電源系, 制御室及びその遮蔽・非常用換気空調系, 非常用補機冷却水系, 直流電源系 (いずれも, MS-1 関連のもの)	原子炉緊急停止の安全保護回路 ・非常用炉心冷却系作動の安全保護回路 ・原子炉格納容器隔離の安全保護回路 ・原子炉建屋ガス処理系作動の安全保護回路 ・主蒸気隔離の安全保護回路 非常用所内電源系 (ディーゼル機関, 発電機, 発電機から非常用負荷までの配電設備及び電路) 中央制御室及び中央制御室遮蔽 中央制御室換気空調系 (放射線防護機能及び有毒ガス防護機能) (非常用再循環送風機, 非常用再循環フィルタ装置, 空調ユニット, 送風機, 排風機, ダクト及びダンパ) 残留熱除去系海水系 (ポンプ, 熱交換器, 配管, 弁, ストレーナ (MS-1 関連)) ディーゼル発電機用海水系 (ポンプ, 配管, 弁, ストレーナ) 直流電源系 (蓄電池, 蓄電池から非常用負荷までの配電設備及び電路 (MS-1 関連)) 計装制御電源系 (蓄電池から非常用計測制御装置までの配電設備及び電路 (MS-1 関連)) 放水路ゲート	○	○	○	○	○
	その他			○		×(1)	×(1)	○

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備（7/14）

分類	機能	構築物，系統又は設備	防護の対象			評価の対象			
			内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象	
P S - 2	1) 原子炉冷却材を内蔵する機能（ただし，原子炉冷却材圧力バウンダリから除外されている計装等の小口径のもの及びバウンダリに直接接続されていないものは除く。）	主蒸気系，原子炉冷却材浄化系（いずれも，格納容器隔離弁の外側のみ）	原子炉冷却材浄化系（原子炉冷却材圧力バウンダリから外れる部分）	○	○	○	○	○	
				主蒸気系	○	○	○	○	○
	2) 原子炉冷却材圧力バウンダリに直接接続されていないものであって，放射性物質を貯蔵する機能	放射性廃棄物処理施設（放射能インベントリの大きいもの），使用済燃料プール（使用済燃料貯蔵ラックを含む。）	放射性気体廃棄物処理系（活性炭式希ガスホルドアップ装置）	使用済燃料プール（使用済燃料貯蔵ラックを含む）	○	○	○	○	○
					新燃料貯蔵庫（臨界を防止する機能）（新燃料貯蔵ラック）	○	○	○	○
	3) 燃料を安全に取り扱う機能	燃料取扱設備	燃料交換機	使用済燃料乾式貯蔵容器	○	○	○	○	○
				燃料交換機	○	○	○	×(1)	○
				原子炉建屋クレーン	○	○	○	×(3)	○
	1) 安全弁及び逃がし弁の吹き止まり機能	逃がし安全弁（吹き止まり機能に關連する部分）	逃がし安全弁（吹き止まり機能に關連する部分）	使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーン	○	○	○	×(3)	○
				逃がし安全弁（吹き止まり機能に關連する部分）	○	○	○	×(1)	○

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備 (8 / 14)

分類	機能	構築物, 系統又は設備	防護の対象			評価の対象			
			内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象	
MS-2	1) 燃料プールの補給機能	非常用補給水系		○			○		○
	2) 放射性物質放出の防止機能	放射性気体廃棄物処理系の隔離弁, 排気筒 (非常用ガス処理系排気管の支持機能以外)	残留熱除去系 (ポンプ, サプレッション・チェンバ, サプレッション・チェンバから燃料プールまでの配管, 弁) 放射性気体廃棄物処理系 (オフガス系) 隔離弁 主排気筒 燃料プール冷却浄化系の燃料プールの入口逆弁		○		○		○
		燃料集合体落下事故時放射能放出を低減する系		○		×(1)	○		○
		原子炉建屋ガス処理系		○		×(1)	○		○

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備 (9 / 14)

分類	機能	構築物，系統又は設備	防護の対象			評価の対象		
			内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象
MS-2	1) 事故時のプラント状態の把握機能	<ul style="list-style-type: none"> ・中性子束 (起動領域計装) ・原子炉スクラム用電磁接触器の状態 ・制御棒位置 ・原子炉水位 (広帯域, 燃料域) ・原子炉圧力 ・原子炉格納容器圧力 ・サブレーション・プール水温度 ・原子炉格納容器エリア放射線量率 (高レンジ) 	○	○		○	○	○
		事故時監視計器の一部 [低温停止への移行] <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉圧力 ・原子炉水位 (広帯域) [ドライウエールズブレイ] ・原子炉水位 (広帯域, 燃料域) ・原子炉格納容器圧力 [サブレーション・プール冷却] ・原子炉水位 (広帯域, 燃料域) ・サブレーション・プール水温度 [可燃性ガス濃度制御系起動] ・原子炉格納容器水素濃度 ・原子炉格納容器酸素濃度 	○			○	○	○
	2) 異常状態の緩和機能	BWRには対象機能なし	—	—	—	—	—	—
	3) 制御室外からの安全停止機能	制御室外原子炉停止装置 (安全停止に全停止に関連するもの)	○			○	○	○

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備（10/14）

分類	機能	構築物，系統又は設備	防護の対象			評価の対象			
			内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象	
P S - 3	1) 原子炉冷却材保持機能 (PS-1, PS-2 以外のもの)	計装配管，弁		×				—	
		計装配管，弁		×				—	
		ドレン配管，弁		×				—	
		ベント配管，弁		×				—	
	2) 原子炉冷却材の循環機能	原子炉再循環系ポンプ，配管，弁，ライザー管（炉内），ジェットポンプ		×				—	
		復水貯蔵タンク		×				—	
	3) 放射性物質の貯蔵機能	液体廃棄物処理系（低電導度廃液収集槽，高電導度廃液収集槽）		×				—	
		固体廃棄物処理系（CUW粉末樹脂沈降分離槽，使用済樹脂槽，濃縮廃液タンク，固体廃棄物貯蔵庫（ドラム缶））		×				—	
		新燃料貯蔵庫（新燃料貯蔵ラック）		×				—	
		給水加熱器保管庫		×				—	
		サブレシジョンプール水排水系，復水貯蔵タンク，放射性廃棄物処理施設（放射性イソペントリの小さいもの）					×		—
		セメント混練固化装置及び固体の体減容処理設備（液体及び固体の放射性廃棄物処理系）					×		—

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備 (11/14)

分類	機能	構築物、系統又は設備	防護の対象			評価の対象		
			内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象
MS-1	4) 電源供給機能 (非常用を除く。)	タービン、発電機及びその励磁装置、復水系 (復水器を含む。)、給水系、循環水系、送電線、変圧器、開閉所	発電機及びその励磁装置 (発電機、励磁機)	×				
			蒸気タービン (主タービン、主要弁、配管)	×				
			復水系 (復水器を含む) (復水器、復水ポンプ、配管/弁)	×				
			給水系 (電動駆動給水ポンプ、タービン駆動給水ポンプ、給水加熱器、配管/弁)	×				
			循環水系 (循環水ポンプ、配管/弁)	×				
			常用所内電源系 (発電機又は外部電源系から所内負荷までの配電設備及び電路 (MS-1 関連以外))	×				
			直流電源系 (蓄電池、蓄電池から常用負荷までの配電設備及び電路 (MS-1 関連以外))	×				
			計測制御電源系 (電源装置から常用計測制御装置までの配電設備及び電路 (MS-1 関連以外))	×				
			送電線	×				
			変圧器 (所内変圧器、起動変圧器、予備変圧器、電路)	×				
開閉所 (母線、遮断機、断路器、電路)	×							

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備（12/14）

分類	機能	構築物，系統又は設備		防護の対象			評価の対象		
		原子炉制御系（制御棒価値ミニマイザを含む。） 原子炉プラントプロセス計装	原子炉制御系（制御棒価値ミニマイザを含む） 原子炉核計装 原子炉プラントプロセス計装	内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象
5) プラント計測・制御機能（安全保護機能を除く。）		原子炉制御系（制御棒価値ミニマイザを含む。） 原子炉核計装 原子炉プラントプロセス計装	原子炉制御系（制御棒価値ミニマイザを含む） 原子炉核計装 原子炉プラントプロセス計装	×					
		補助ボイラ設備（補助ボイラ，給水タンク，給水ポンプ，配管/弁）	補助ボイラ設備（補助ボイラ，給水タンク，給水ポンプ，配管/弁）	×					
6) プラント運転補助機能		所内蒸気系及び戻り系（ポンプ，配管/弁）	所内蒸気系及び戻り系（ポンプ，配管/弁）	×					
		計装用圧縮空気設備（空気圧縮機，中間冷却器，配管，弁）	計装用圧縮空気設備（空気圧縮機，中間冷却器，配管，弁）	×					
		原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却系ポンプ，熱交換器，配管/弁）	原子炉補機冷却水系（原子炉補機冷却系ポンプ，熱交換器，配管/弁）	×					
		タービン補機冷却水系（タービン補機冷却系ポンプ，熱交換器，配管/弁）	タービン補機冷却水系（タービン補機冷却系ポンプ，熱交換器，配管/弁）	×					
		補機冷却系海水系（補機冷却系海水系ポンプ，配管/弁，ストレーナ）	補機冷却系海水系（補機冷却系海水系ポンプ，配管/弁，ストレーナ）	×					
		復水補給水系（復水移送ポンプ，配管/弁）	復水補給水系（復水移送ポンプ，配管/弁）	×					

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備 (13/14)

分類	機能	構築物, 系統又は設備	防護の対象		評価の対象			
			内部溢水	内部火災	内部溢水	内部火災	外部事象	
PS-3	1) 核分裂生成物の原子炉冷却材中への放射防止機能	燃料被覆管		×				
		燃料被覆管		×				
		タイロッド		×				
PS-3	2) 原子炉冷却材の浄化機能	原子炉冷却材浄化系, 復水浄化系		×				
		原子炉冷却材浄化系 (再生熱交換器, 非再生熱交換器, CUWポンプ, ろ過脱塩装置, 配管, 弁)		×				
		復水浄化系 (復水脱塩装置, 配管, 弁)		×				
MS-3	1) 原子炉圧力の上昇の緩和機能	逃がし安全弁 (逃がし弁機能), タービンバイパス弁		○	○	○	○	○
		原子炉冷却材再循環系 (再循環ポンプトリップ機能, 制御棒引抜き監視装置)		○	×	×	×	○
		原子炉冷却材再循環系 (再循環ポンプトリップ機能, 制御棒引抜き監視装置)		○	×	×	○	○
MS-3	2) 出力上昇の抑制機能	原子炉冷却材再循環系 (再循環ポンプトリップ機能, 制御棒引抜き監視装置)		×				
		制御棒駆動水圧系, 原子炉隔離時冷却系		×				
		制御棒駆動水圧系 (ポンプ, 復水貯蔵タンク, 復水貯蔵タンクから制御棒駆動機構までの配管, 弁)		×				
MS-3	3) 原子炉冷却材の補給機能	原子炉隔離時冷却系 (ポンプ, タービン)		×				
		制御棒駆動水圧系 (ポンプ, 復水貯蔵タンク, 復水貯蔵タンクから制御棒駆動機構までの配管, 弁)		×				
		原子炉隔離時冷却系 (ポンプ, タービン)		×				

【凡例】 ○：対象

×(1)：溢水により機能喪失しないことから評価対象外

×(2)：PCV内対環境仕様であることから評価対象外

×(3)：動作機能の喪失により安全機能に影響しないことから評価対象外

第 1.4.2-1 表 内部溢水における防護及び評価の対象設備（14/14）

分類	機能	構築物，系統又は設備	防護の対象			評価の対象			
			内部溢水	内部火災	外部事象	内部溢水	内部火災	外部事象	
MS-3	1) 緊急時対策上重要なもの及び異常状態の把握機能	原子力発電所緊急時対策所，試料採取系，通信連絡設備，放射能監視設備，事故時監視計器の一部，消火系，安全避難通路，非常用照明	緊急時対策所建屋	×					
			試料採取系（異常時に必要な下記の機能を有するもの。原子炉冷却材放射能濃度サンプリング分析，原子炉格納容器雰囲気放射性物質濃度サンプリング分析）	×					
			通信連絡設備（1つの専用回路を含む複数の回路を有する通信連絡設備）	×					
			放射線監視設備	×					
			事故時監視計器の一部	×					
			事故時監視計器の一部（排気筒モニタ）	○			○		○
			消火系（水消火設備，泡消火設備，二酸化炭素消火設備等）	×					
			安全避難通路	×					
			非常用照明	×					

1.5 内部溢水，火災防護及び外部事象における防護対象設備の比較について (重大事故等対処設備)

1.5.1 概要

技術基準規則第五十二条（火災による損傷の防止）及び同第五十四条（重大事故等対処設備）において，溢水，火災及び外部事象から重大事故等対処設備の防護要求が定められている。

本資料では，溢水，火災及び外部事象の評価において防護要求のある設備に対し，整合性を確認する。

1.5.2 評価対象設備について

溢水，火災及び外部事象については，常設/可搬型重大事故等対処設備を評価の対象となる設備として選定している。整理結果を第 1.5-1 表に示す。

第1.5-1表 重大事故等対処設備の比較

施設区分 (主登録)	重大事故等対処設備	設置建屋	常設/可搬	溢水防護	火災防護	外部事象		
						竜巻	火山	外部火災
1. 原子炉本体	炉心シュラウド	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
1. 原子炉本体	シュラウドサポート	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
1. 原子炉本体	上部格子板	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
1. 原子炉本体	炉心支持板	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
1. 原子炉本体	中央燃料支持金具	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
1. 原子炉本体	周辺燃料支持金具	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
1. 原子炉本体	制御棒案内管	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
1. 原子炉本体	原子炉圧力容器	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
1. 原子炉本体	ジェットポンプ	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
2. 核燃料物質の取扱施設 及び貯蔵施設	使用済燃料プール	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
2. 核燃料物質の取扱施設 及び貯蔵施設	使用済燃料貯蔵ラック	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
2. 核燃料物質の取扱施設 及び貯蔵施設	使用済燃料プール温度 (S A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
2. 核燃料物質の取扱施設 及び貯蔵施設	使用済燃料プール水位・温度 (S A広域)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
2. 核燃料物質の取扱施設 及び貯蔵施設	スキマサージタンク (A) (B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
2. 核燃料物質の取扱施設 及び貯蔵施設	代替燃料プール冷却系ポンプ	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
2. 核燃料物質の取扱施設 及び貯蔵施設	代替燃料プール冷却系熱交換器	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
2. 核燃料物質の取扱施設 及び貯蔵施設	使用済燃料プール監視カメラ	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
2. 核燃料物質の取扱施設 及び貯蔵施設	使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
2. 核燃料物質の取扱施設 及び貯蔵施設	使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
2. 核燃料物質の取扱施設 及び貯蔵施設	静的サイフォンブレイカ	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	自動減圧機能用キュムレータ	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	B22-F013 A, B, C, D, E, F, G, H, J, K, L, M, N, P, R, S, U, V	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系熱交換器A	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系熱交換器B	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ポンプA (RHR-PMP-C002A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ポンプB (RHR-PMP-C002B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ポンプC (RHR-PMP-C002C)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ストレーナA	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ストレーナB	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系ストレーナC	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F005)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F025A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F025B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F025C)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F028)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系A系注入弁 (E12-M0-F042A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系B系注入弁 (E12-M0-F042B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系C系注入弁 (E12-M0-F042C)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	高圧炉心スプレー系ポンプ (HPCS-PMP-C001)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	高圧炉心スプレー系ストレーナ	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E22-F014)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E22-F035)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	高圧炉心スプレー系注入弁 (E22-M0-F004)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	低圧炉心スプレー系注入弁 (E21-M0-F005)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	低圧炉心スプレー系ポンプ (LPCS-PMP-C001)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	低圧炉心スプレー系ストレーナ	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E21-F018)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E21-F031)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	原子炉隔離時冷却系ポンプ (RCIC-PMP-C001/TBN-RCIC-C002)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	原子炉隔離時冷却系ストレーナ	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E51-F017)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	常設高圧代替注水系ポンプ	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	常設低圧代替注水系ポンプ	常設低圧代替注水系ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	可搬型代替注水系大型ポンプ	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	可搬型代替注水系中型ポンプ	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	代替淡水貯槽 (水槽A, B, C, D, E, F)	常設低圧代替注水系ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	西側淡水貯水設備	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	代替循環冷却系ポンプA	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○

第1.5-1表 重大事故等対処設備の比較

施設区分 (主登録)	重大事故等対処設備	設置建屋	常設/可搬	溢水防護	火災防護	外部事象		
						竜巻	火山	外部火災
3. 原子炉冷却系統施設	代替循環冷却系ポンプB	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系海水系ポンプA (RHRS-PMP-A)	海水ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系海水系ポンプB (RHRS-PMP-B)	海水ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系海水系ポンプC (RHRS-PMP-C)	海水ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系海水系ポンプD (RHRS-PMP-D)	海水ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系海水系ストレナA	海水ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	残留熱除去系海水系ストレナB	海水ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (3-12V001A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (3-12V001B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	緊急用海水ポンプ	緊急用海水ポンプピット	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	緊急用海水系ストレナ	緊急用海水ポンプピット	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F088A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F088B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	弁 (E12-F088C)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	耐圧強化ベント系一次隔離弁 (2-26B-90)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	耐圧強化ベント系二次隔離弁 (2-26B-91)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	原子炉隔離時冷却系原子炉注入弁 (E51-M0-F013)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	高圧代替注水系タービン止め弁 (SA13-M0-F300)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
3. 原子炉冷却系統施設	ホイールローダ	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	制御棒	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	制御棒駆動機構	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	水圧制御ユニット (東側) (7キユムレータ, 窒素容器, スクラム弁 (C12-126, C12-127) 含む)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	水圧制御ユニット (西側) (7キユムレータ, 窒素容器, スクラム弁 (C12-126, C12-127) 含む)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	ほう酸水注入ポンプA (SLC-PMP-C001A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	ほう酸水注入ポンプB (SLC-PMP-C001B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	ほう酸水貯蔵タンク (SLC-VSL-A001)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	起動領域計装 (C52-M002A~H)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	起動領域計装 前置増幅器 (H22-P030)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	起動領域計装 前置増幅器 (H22-P031)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	起動領域計装 前置増幅器 (H22-P032)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	起動領域計装 前置増幅器 (H22-P033)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	出力領域計装 (検出器番)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力容器温度 (TE-B22-N030H, TE-B22-N030S)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力容器温度 (TE-B22-N030C, TE-B22-N030G)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	高圧代替注水系系統流量 (FT-SA13-N006)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) (FT-SA11-N201)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン狭帯域用) (FT-SA11-N200)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) (FT-SA11-N206)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン狭帯域用) (FT-SA11-N207)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系原子炉注水流量 (A系) (FT-SA17-N013A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系原子炉注水流量 (B系) (FT-SA17-N013B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系ポンプ入口温度 (TE-SA17-N001A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系ポンプ入口温度 (TE-SA17-N001B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系熱交換器入口温度A (TE-E12-N004A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系熱交換器入口温度B (TE-E12-N004B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系熱交換器出口温度A (TE-E12-N007A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系熱交換器出口温度B (TE-E12-N007B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉隔離時冷却系系統流量 (FT-E51-N003)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	高圧炉心スプレー系系統流量 (FT-E22-N005)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	低圧炉心スプレー系系統流量 (FT-E21-N003)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系系統流量A (FT-E12-N015A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系系統流量B, C (FT-E12-N015B, N015C)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力 (PT-B22-N051A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力 (PT-B22-N051B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力 (S A) (PT-B22-N017B, D)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力 (S A) (PT-B22-N017A, C)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (広帯域) (LT-B22-N091A, C)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○

第1.5-1表 重大事故等対処設備の比較

施設区分 (主登録)	重大事故等対処設備	設置建屋	常設/可搬	溢水防護	火災防護	外部事象		
						竜巻	火山	外部火災
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (広帯域) (LT-B22-N079B, D)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (広帯域) (LT-B22-N091B, D)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (広帯域) (LT-B22-N079A, C)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (燃料域) (LT-B22-N044A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (燃料域) (LT-B22-N044B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (S A広帯域) (LT-B22-N010)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉水位 (S A燃料域) (LT-B22-N020)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	ドライウェル圧力 (PT-26-79. 60)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	サブプレッション・チェンバ圧力 (PT-26-79. 61)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	サブプレッション・プール水温度 (TE-T23-N040, N050)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	サブプレッション・プール水温度 (TE-T23-N030)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	ドライウェル雰囲気温度 (TE-26-79. 61A, 61B, 62A, 62B)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	ドライウェル雰囲気温度 (TE-26-79. 63A, 63B, 64A, 64B)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 (TE-26-79. 65A)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 (TE-26-79. 65B)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	格納容器内水素濃度 (S A) (H2E-SA19-N002A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	格納容器内水素濃度 (S A) (H2E-SA19-N002B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	格納容器内酸素濃度 (S A) (O2E-SA19-N001A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	格納容器内酸素濃度 (S A) (O2E-SA19-N001B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	格納容器下部水素濃度 (TE-SA42-N100A, B, C, D, E) (TE-SA19-N001A, B, C, D, E)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	代替淡水貯槽水位 (LT-SA11-N0212)	常設低圧代替注水系ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	再循環淡水貯槽水位 (LT-SA11-N0209, N2311)	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) (FT-SA11-N0202)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用) (FT-SA11-N0208)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	低圧代替注水系格納容器下部注水流量 (FT-SA11-N0204)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量 (TE-SA17-N018A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量 (TE-SA17-N018B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	サブプレッション・プール水位 (LT-26-79. 60)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	格納容器下部水位 (LS-SA42-N001A, 002A, 003A, 004A, 005A) (LS-SA19-N001B, 002B, 003B, 004B, 005B)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉建屋水素濃度 (H2E-SA16-N004)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉建屋水素濃度 (H2E-SA16-N005)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉建屋水素濃度 (H2E-SA16-N001)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉建屋水素濃度 (H2E-SA16-N002)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉建屋水素濃度 (H2E-SA16-N003)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	自動減圧系の起動阻止スイッチ (H13-P601)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	A T W S 緩和設備 (代替制御挿入機能)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	A T W S 緩和設備 (代替再循環系ポンプトリップ機能)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	過渡時自動減圧機能	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力高 (PT-B22-N071B, D)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉圧力高 (PT-B22-N071A, C)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉水位異常低 (LT-B22-N079B, D)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉水位異常低 (LT-B22-N079A, C)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	手動スイッチ (H13-P603)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	再循環系ポンプ遮断器手動スイッチ (H13-P602)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	低速度用電源装置遮断器手動スイッチ (H13-P602)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉水位異常低 (LT-B22-M091A, C)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉水位異常低 (LT-B22-M091B, D)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	非常用電源供給系 A 系高圧室素ポンプ (保管場所)	原子炉建屋原子炉棟	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	非常用電源供給系 B 系高圧室素ポンプ (保管場所)	原子炉建屋原子炉棟	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	非常用速がし安全弁駆動系 A 系高圧室素ポンプ (保管場所)	原子炉建屋原子炉棟	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	非常用速がし安全弁駆動系 B 系高圧室素ポンプ (保管場所)	原子炉建屋原子炉棟	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	衛星電話設備 (可搬型) (待避室)	原子炉建屋付属棟 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	データ表示装置 (待避室)	原子炉建屋付属棟 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	酸素濃度計	原子炉建屋付属棟 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	二酸化炭素濃度計	原子炉建屋付属棟 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	可搬型照明 (S A)	原子炉建屋付属棟 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	再循環系ポンプ遮断器 A	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	再循環系ポンプ遮断器 B	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○

第1.5-1表 重大事故等対処設備の比較

施設区分 (主登録)	重大事故等対処設備	設置建屋	常設/可搬	溢水防護	火災防護	外部事象		
						竜巻	火山	外部火災
4. 計測制御系統施設	再循環系ポンプ低速度用電源装置遮断器A, B	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	フィルタ装置入口水素濃度	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	静的触媒式水素再結合器動作監視装置	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	フィルタ装置水位 (LT-SA14-N101A, LT-SA14-N101B)	格納容器圧力逃がし装置格納槽	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	フィルタ装置圧力 (PT-SA14-N102)	格納容器圧力逃がし装置格納槽	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	フィルタ装置スクラビング水温度 (TE-SA14-N103)	格納容器圧力逃がし装置格納槽	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系海水系系統流量 (FT-E12-N007A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系海水系系統流量 (FT-E12-N007B)	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交換器) (FT-SA21-N011)	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	緊急用海水系流量 (残留熱除去系補機) (FT-SA21-N015)	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 (PT-SA13-N005)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 (PT-SA11-N213A, B)	常設低圧代替注水系ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力A (PT-SA17-N005A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力B (PT-SA17-N005B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 (PT-E51-N004)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	高圧炉心スプレィ系ポンプ吐出圧力 (PT-E22-N004)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (PT-E12-N056A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (PT-E12-N056B, C)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	低圧炉心スプレィ系ポンプ吐出圧力 (PT-E21-N052)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	安全パラメータ表示システム (SPDS)	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	データ表示装置	原子炉建屋付風棟 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	データ表示装置	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	可搬型計測器 (原子炉圧力容器及び原子炉格納容器内の温度、圧力、水位及び流量 (注水量) 計測用)	原子炉建屋付風棟 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	可搬型計測器 (原子炉圧力容器及び原子炉格納容器内の温度、圧力、水位及び流量 (注水量) 計測用)	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	可搬型計測器 (原子炉圧力容器及び原子炉格納容器内の圧力、水位及び流量 (注水量) 計測用)	原子炉建屋付風棟 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	可搬型計測器 (原子炉圧力容器及び原子炉格納容器内の圧力、水位及び流量 (注水量) 計測用)	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	M/C 2C電圧	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	M/C 2D電圧	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	M/C HPCS電圧	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	P/C 2C電圧	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	P/C 2D電圧	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	緊急用M/C電圧	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	緊急用P/C電圧	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	直流125V主母線盤2A電圧	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	直流125V主母線盤2B電圧	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	直流125V主母線盤HPCS電圧	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	直流±24V中性子モニタ用分電盤2A電圧	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	直流±24V中性子モニタ用分電盤2B電圧	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	緊急用直流125V主母線盤電圧	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	非常用室裏供給系A系供給圧力	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	非常用室裏供給系B系供給圧力	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	非常用室裏供給系A系高圧室裏ポンベ圧力	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	非常用室裏供給系B系高圧室裏ポンベ圧力	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	非常用速がし安全弁駆動系A系供給圧力	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	非常用速がし安全弁駆動系B系供給圧力	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	非常用速がし安全弁駆動系A系高圧室裏ポンベ圧力	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	非常用速がし安全弁駆動系B系高圧室裏ポンベ圧力	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	携帯型無線通話装置	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	衛星電話設備 (固定型)	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	衛星電話設備 (携帯型)	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	無線連絡設備 (携帯型)	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備 (テレビ会議システム, IP電話, I P-FAX)	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	緊急時対策支援システム伝送装置	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	格納容器内雰囲気ガスサンプリング装置	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
4. 計測制御系統施設	格納容器内雰囲気ガスサンプリング装置	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
5. 放射性廃棄物の廃棄施設	非常用ガス処理系排気筒	屋外	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) (RE-D23-N003B)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) (RE-D23-N003A)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○

第1.5-1表 重大事故等対処設備の比較

施設区分 (主登録)	重大事故等対処設備	設置建屋	常設/可搬	溢水防護	火災防護	外部事象		
						竜巻	火山	外部火災
6. 放射線管理施設	格納容器周囲気放射線モニタ (S/C) (RE-D23-N003C)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	格納容器周囲気放射線モニタ (S/C) (RE-D23-N003D)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	フィルタ装置出口放射線モニタ (低レンジ) (RE-SA14-N501)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	フィルタ装置出口放射線モニタ (高レンジ) (RE-SA14-N500)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	フィルタ装置出口放射線モニタ (高レンジ) (RE-SA14-N502)	屋外	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	耐圧強化ベント系放射線モニタ	屋外	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	緊急時対策所エアモニタ	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	使用済燃料プールエア放射線モニタ (低レンジ)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	使用済燃料プールエア放射線モニタ (高レンジ)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	可搬型モニタリング・ポスト	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	β線サーベイ・メータ	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	Na I シンチレーションサーベイ・メータ	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	Zn S シンチレーションサーベイ・メータ	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	電離箱サーベイ・メータ	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	中央制御室換気系空調和機ファンA (HWAC-AH2-9A)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	中央制御室換気系空調和機ファンB (HWAC-AH2-9B)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	中央制御室換気系フィルタ系ファン (HWAC-E2-14A)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	中央制御室換気系フィルタ系ファン (HWAC-E2-14B)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	中央制御室換気系フィルタユニットA (HWAC-FLT-A)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	中央制御室換気系フィルタユニットB (HWAC-FLT-B)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	中央制御室待避室空気ボンベ	原子炉建屋付属棟 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	緊急時対策所加圧設備	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	緊急時対策所非常用送風機A	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	緊急時対策所非常用送風機B	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	緊急時対策所非常用フィルタ装置A	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	緊急時対策所非常用フィルタ装置B	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	第二弁操作室空気ボンベ	原子炉建屋付属棟 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	一次遮蔽	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	二次遮蔽	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	中央制御室遮蔽	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	中央制御室遮蔽	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	緊急時対策所遮蔽	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	第二弁操作室遮蔽	原子炉建屋廃棄物処理棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	第二弁操作室差圧計	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	中央制御室退避室差圧計	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	可搬型ダスト・よう素サブプラ	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	小型船舶	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	可搬型気象観測設備	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	緊急時対策所用差圧計	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	弁 (SD2-18A (M))	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	弁 (SD2-18B (M))	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	弁 (SD2-19A (M))	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	弁 (SD2-19B (M))	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	弁 (SD2-20A (M))	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	弁 (SD2-20B (M))	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	SA31-DMP-M0-F001	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	緊急時対策所給気・排気隔離弁	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	減圧ユニット (緊急時対策所加圧設備用)	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	流量制御ユニット (緊急時対策所加圧設備用)	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	フィルタ装置遮蔽	—	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	配管遮蔽	—	常設	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	可搬型モニタリング・ポスト端末	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
6. 放射線管理施設	可搬型気象観測設備端末	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	原子炉格納容器 (サブプレッション・チェンバ)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	原子炉格納容器 (ドライウェル)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	機器搬入用ハッチ	—	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	所員用エアロック	—	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	サブプレッション・チェンバアクセスハッチ	—	常設	○	○	○	○	○

第1.5-1表 重大事故等対処設備の比較

施設区分 (主登録)	重大事故等対処設備	設置建屋	常設/可搬	溢水防護	火災防護	外部事象		
						竜巻	火山	外部火災
7. 原子炉格納施設	原子炉格納容器貫通部	—	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	原子炉建屋原子炉棟	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	原子炉建屋大物搬入口	—	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	原子炉建屋エアロック	—	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	原子炉建屋基礎壁	—	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	真空破壊弁 (2-26V-40, 41, 42, 43, 44, 45, 46, 47, 48, 49, 56)	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	ダイナフラム・フロア	—	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	ベント管	—	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	非常用ガス再循環系排風機 A (HVAC-E2-13A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	非常用ガス再循環系排風機 B (HVAC-E2-13B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	非常用ガス再循環系フィルタトレイン A (FRVS-FI1-A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	非常用ガス再循環系フィルタトレイン B (FRVS-FI1-A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	非常用ガス処理系排風機 A (HVAC-E2-10A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	非常用ガス処理系排風機 B (HVAC-E2-10B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	非常用ガス処理系フィルタトレイン A (SGIS-FI1-A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	非常用ガス処理系フィルタトレイン B (SGIS-FI1-B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	静的触媒式水素再結合器	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	窒素供給装置	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	第一弁 (D/W側) (2-26B-12 (A0))	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	第一弁 (S/C側) (2-26B-10 (A0))	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	第二弁 (SA14-F001A)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	第二弁バイパス弁 (SA14-F001B)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	圧力開放板	原子炉建屋	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	フィルタ装置	格納容器圧力逃がし装置格納槽	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	遠隔人力操作機構	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	遠隔人力操作機構	原子炉建屋廃棄物処理棟	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	遠隔人力操作機構	原子炉建屋	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	コリウムシールド	原子炉格納容器	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	汚濁防止膜	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	泡混合器	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	泡消火薬剤容器 (大型ポンプ用)	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	ブローアウトパネル閉止装置	屋外 (原子炉建屋外壁)	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	ブローアウトパネル閉止装置	屋外 (原子炉建屋外壁)	常設	○	○	○	○	○
7. 原子炉格納施設	移送ポンプ	格納容器圧力逃がし装置格納槽	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 C 非常用ディーゼル発電機空気ためA	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 D 非常用ディーゼル発電機空気ためA	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	安全弁 (3-14Z1)	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	安全弁 (3-14Z101)	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 C 非常用ディーゼル発電機燃料油デイトンク (DG-VSL-2C-D0-1) (ベント管含む)	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 D 非常用ディーゼル発電機燃料油デイトンク (DG-VSL-2D-D0-1) (ベント管含む)	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 C 非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 D 非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	軽油貯蔵タンク A (ベント管含む)	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	軽油貯蔵タンク B (ベント管含む)	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 C 非常用ディーゼル発電機 (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプを含む)	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 D 非常用ディーゼル発電機 (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプを含む)	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 C 非常用ディーゼル発電機励磁装置	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 D 非常用ディーゼル発電機励磁装置	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 C 非常用ディーゼル発電機保護継電装置	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 C 非常用ディーゼル発電機保護継電装置	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 D 非常用ディーゼル発電機保護継電装置	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 D 非常用ディーゼル発電機保護継電装置	原子炉建屋付風棟	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 C 非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ (DGS-PMP-2C)	海水ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 D 非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ (DGS-PMP-2D)	海水ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 C 非常用ディーゼル発電機用海水ストレーナ	海水ポンプ室	常設	○	○	○	○	○
8. 1. 非常用電源設備	2 D 非常用ディーゼル発電機用海水ストレーナ	海水ポンプ室	常設	○	○	○	○	○

第1.5-1表 重大事故等対処設備の比較

施設区分 (主登録)	重大事故等対処設備	設置建屋	常設/可搬	溢水防護	火災防護	外部事象		
						竜巻	火山	外部火災
8.1. 非常用電源設備	常設代替高圧電源装置保護継電装置	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	常設代替高圧電源装置保護継電装置	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	常設代替高圧電源装置保護継電装置	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油サブスタック A (ベント管含む)	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油サブスタック B (ベント管含む)	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機給油ポンプ	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機給油ポンプ	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク A (ベント管)	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク B (ベント管)	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機 2 A (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置を含む)	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機 2 B (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置を含む)	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機保護継電装置	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用発電機保護継電装置	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車燃料タンク	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車燃料タンク	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車燃料タンク	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車燃料タンク	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車燃料タンク	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源車 (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置, 保護継電装置含む)	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	窒素供給装置用電源車燃料タンク	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	窒素供給装置用電源車燃料タンク	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	窒素供給装置用電源車 (内燃機関, 調速装置, 非常用調速装置, 冷却水ポンプ, 励磁装置, 保護継電装置含む)	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	非常用無停電電源装置 A	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	非常用無停電電源装置 B	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用無停電電源装置	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	可搬型整流器	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	125V系蓄電池 A系	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	125V系蓄電池 B系	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	125V系蓄電池 B系	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	125V系蓄電池 HPCS系	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	中性子モニタ用蓄電池 (2A)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	中性子モニタ用蓄電池 (2B)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用125V系蓄電池	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用125V系蓄電池	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用125V系蓄電池	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	逃がし安全弁用可搬型蓄電池	原子炉建屋付属棟 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	メタルクラッド開閉装置 (2C)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	メタルクラッド開閉装置 (2D)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	パワーセンター (2C)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	パワーセンター (2D)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (2C-9)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (2D-9)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (2C-7, 2C-8)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (2D-7, 2D-8)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (2C-3, 2C-5)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (2D-3, 2D-5)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (2C-6, 2D-6)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (2C-4)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタ (2D-4)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	動力変圧器 (2C)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	動力変圧器 (2D)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	メタルクラッド開閉装置HPCS	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	モータコントロールセンタHPCS	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	動力変圧器HPCS	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用メタルクラッド開閉装置	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○

第1.5-1表 重大事故等対処設備の比較

施設区分 (主登録)	重大事故等対処設備	設置建屋	常設/可搬	溢水防護	火災防護	外部事象		
						竜巻	火山	外部火災
8.1. 非常用電源設備	緊急用パワーセンタ	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用直流125V主母線盤	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用モータコントロールセンタ1	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用モータコントロールセンタ2	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用モータコントロールセンタ3	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用断路器	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用動力変圧器	常設代替高圧電源装置置場	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用計装交流主母線盤	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用電源切替盤	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用電源切替盤	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用電源切替盤	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用無停電計装分電盤	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用直流125V充電器	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用直流125Vモータコントロールセンタ	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急用直流125V計装分電盤	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	常設代替高圧電源装置遠隔操作盤	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用メタルクラウド開閉装置	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用動力変圧器	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用パワーセンタ	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用モータコントロールセンタ	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用100V分電盤	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用100V分電盤	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用100V分電盤	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用直流125V母線盤	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用直流125V分電盤	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用災害対策本部操作盤	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	緊急時対策所用非常用換気空調設備操作盤	緊急時対策所建屋	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源接続盤	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	可搬型代替低圧電源接続盤	常設代替高圧電源装置用カルバート (付設部)	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	可搬型代替直流電源設備用電源切替盤	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	直流125V主母線盤 (2A)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	直流125V主母線盤 (2B)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	可搬型整流器用変圧器	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	可搬型整流器用変圧器	常設代替高圧電源装置用カルバート (付設部)	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	直流125Vモータコントロールセンタ (2A-2)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	直流125Vモータコントロールセンタ (2A-1)	原子炉建屋原子炉棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	非常用無停電計装分電盤	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	非常用無停電計装分電盤	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	直流125V主母線盤HPCS	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	直流±24V中性子モニタ用分電盤 (2A)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.1. 非常用電源設備	直流±24V中性子モニタ用分電盤 (2B)	原子炉建屋付属棟	常設	○	○	○	○	○
8.6. 補機駆動用燃料設備	可搬型設備用軽油タンクA~D (ベント管含む)	南側可搬型設備軽油タンク室	常設	○	○	○	○	○
8.6. 補機駆動用燃料設備	可搬型設備用軽油タンクE~H (ベント管含む)	西側可搬型設備軽油タンク室	常設	○	○	○	○	○
8.6. 補機駆動用燃料設備	タンクローリ	屋外 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.6. 補機駆動用燃料設備	可搬型代替注水大型ポンプ車載燃料タンク	屋外	可搬	○	○	○	○	○
8.6. 補機駆動用燃料設備	可搬型代替注水中型ポンプ車載燃料タンク	屋外	可搬	○	○	○	○	○
8.7. 非常用取水設備	貯留堰	屋外	常設	○	○	○	○	○
8.7. 非常用取水設備	取水構造物	屋外	常設	○	○	○	○	○
8.7. 非常用取水設備	S A用海水ビット取水塔	屋外	常設	○	○	○	○	○
8.7. 非常用取水設備	海水引込み管	屋外	常設	○	○	○	○	○
8.7. 非常用取水設備	S A用海水ビット	屋外	常設	○	○	○	○	○
8.7. 非常用取水設備	緊急用海水取水管	屋外	常設	○	○	○	○	○
8.7. 非常用取水設備	緊急用海水ポンプビット	屋外	常設	○	○	○	○	○
8.9. 緊急時対策所	酸素濃度計	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
8.9. 緊急時対策所	二酸化炭素濃度計	緊急時対策所建屋 (保管場所)	可搬	○	○	○	○	○
-	手動弁、配管	-	-	○	○	○	○	○

2.1 溢水源となる機器のリスト

溢水源となりうる機器として、原子炉建屋原子炉棟、原子炉建屋付属棟（廃棄物処理建屋）、原子炉建屋付属棟（廃棄物処理建屋以外）タービン建屋、復水貯蔵タンクエリア、海水ポンプ室及び常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む）に設置される流体を内包する容器（タンク、熱交換器、ろ過脱塩器等）及び配管類を抽出した。溢水源となる機器のリストを第2.1-1表に示す。

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (1/13)

設置場所		管理 区域 区分	機器名称	Sクラス：○ Sクラス以外：×	溢水源としない (耐震性を確認)：○ 溢水源とする：×
建屋	階層				
原子炉 建屋 (原子炉棟)	B2F	内	残留熱除去系ポンプ (A) シールクーラ	○	—
		内	残留熱除去系ポンプ (B) シールクーラ	○	—
		内	残留熱除去系ポンプ (C) シールクーラ	○	—
		内	高圧炉心スプレイ系ポンプシールクーラ	○	—
		内	低圧炉心スプレイ系ポンプシールクーラ	○	—
		内	原子炉隔離時冷却系バロメトリックコンデンサ	○	—
		内	原子炉隔離時冷却系真空タンク	○	—
		内	原子炉隔離時冷却系油冷却器	○	—
		内	R/B機器ドレンサンプ熱交換器 (A)	×	○
		内	R/B機器ドレンサンプ熱交換器 (B)	×	○
		内	高圧炉心スプレイ系ポンプ室空調機 (HVAC-AH2-1)	○	—
		内	高圧炉心スプレイ系ポンプ室空調機 (HVAC-AH2-2)	○	—
		内	低圧炉心スプレイ系ポンプ室空調機 (HVAC-AH2-3)	○	—
		内	原子炉隔離時冷却系ポンプ・タービン室空調機 (HVAC-AH2-4)	○	—
		内	残留熱除去系Bポンプ室空調機 (HVAC-AH2-5)	○	—
		内	残留熱除去系Cポンプ室空調機 (HVAC-AH2-6)	○	—
		内	残留熱除去系Aポンプ室空調機 (HVAC-AH2-7)	○	—
		内	配管	○	—
内	配管	×	*		
原子炉 建屋 (原子炉棟)	B1F	内	制御棒駆動水加熱器	×	○
		内	制御棒駆動水系ポンプ (A) サクションフィルタ	×	○
		内	制御棒駆動水系ポンプ (B) サクションフィルタ	×	○
		内	制御棒駆動水ポンプ潤滑油冷却器 (A)	×	○
		内	制御棒駆動水ポンプ潤滑油冷却器 (B)	×	○
		内	残留熱除去系熱交換器 (A)	○	—
		内	残留熱除去系熱交換器 (B)	○	—
		内	配管	○	—
		内	配管	×	*
原子炉 建屋 (原子炉棟)	1F	内	サンプクーラ (3A)	×	○
		内	サンプクーラ (3B)	×	○
		内	サンプクーラ (4A)	×	○
		内	サンプクーラ (4B)	×	○

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (2/13)

設置場所		管理 区域 区分	機器名称	Sクラス：○ Sクラス以外：×	溢水源としない (耐震性を確認)：○ 溢水源とする：×
建屋	階層				
原子炉 建屋 (原子炉棟)	1F	内	PASSクーラ	×	○
		内	配管	○	—
		内	配管	×	*
原子炉 建屋 (原子炉棟)	2F	内	CUW循環ポンプ (A) シールクーラ	×	○
		内	CUW循環ポンプ (B) シールクーラ	×	○
		内	R/B 2F用冷房装置	×	○
		内	MSトンネル室空調機 (AH2-8A)	×	×
		内	MSトンネル室空調機 (AH2-8B)	×	×
		内	配管	○	—
		内	配管	×	*
原子炉 建屋 (原子炉棟)	3F	内	水圧制御ユニット (東側)	○	—
		内	水圧制御ユニット (西側)	○	—
		内	スクラム排水水容器 (I)	×	○
		内	スクラム排水水容器 (II)	×	○
		内	HPUオイルタンク (A)	×	×
		内	HPUオイルタンク (B)	×	×
		内	原子炉再循環ポンプシールパージフィルタ	×	×
		内	MSIV-LCS低圧マニホールド (A)	○	—
		内	MSIV-LCS低圧マニホールド (B)	○	—
		内	サンプルクーラ (G33-Z020-1)	×	○
		内	可燃性ガス濃度制御系冷却器 (A)	○	—
		内	可燃性ガス濃度制御系冷却器 (B)	○	—
		内	格納容器雰囲気監視系モニタラック (A)	○	—
		内	配管	○	—
内	配管	×	*		
原子炉 建屋 (原子炉棟)	4F	内	原子炉冷却材浄化系逆洗水受タンク	×	○
		内	原子炉冷却材浄化系逆洗水移送ポンプ	×	○
		内	再生熱交換器 (A)	×	○
		内	再生熱交換器 (B)	×	○
		内	再生熱交換器 (C)	×	○
		内	非再生熱交換器 (A)	×	○
		内	非再生熱交換器 (B)	×	○
		内	燃料プール冷却浄化系熱交換器 (A)	×	○
		内	燃料プール冷却浄化系熱交換器 (B)	×	○
		内	燃料プール冷却浄化系フィルタ脱塩器 (A)	×	○

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (3/13)

設置場所		管理 区域 区分	機器名称	Sクラス：○ Sクラス以外：×	溢水源としない (耐震性を確認)：○ 溢水源とする：×
建屋	階層				
原子炉 建屋 (原子炉棟)	4F	内	燃料プール冷却浄化系フィルタ脱塩器 (B)	×	○
		内	燃料プール冷却浄化系逆洗水受タンク	×	○
		内	PLR-LFMG室空調機 (SCU2-1)	×	○
		内	PLR-LFMG室空調機 (SCU2-2)	×	○
		内	燃料プール冷却浄化系再循環ポンプA	×	○
		内	燃料プール冷却浄化系再循環ポンプB	×	○
		内	燃料プール冷却浄化系逆洗水移送ポンプ	×	○
		内	燃料プール冷却浄化系保持ポンプA	×	○
		内	燃料プール冷却浄化系保持ポンプB	×	○
		内	サンプルクーラ (5A)	×	○
		内	サンプルクーラ (5B)	×	○
		内	R/B 4F用冷房装置	×	○
		内	格納容器雰囲気監視系モニタラック (B)	○	-
		内	配管	○	-
		内	配管	×	*
原子炉 建屋 (原子炉棟)	5F	内	燃料プール冷却浄化系スキマサージタンク (A)	×	○
		内	燃料プール冷却浄化系スキマサージタンク (B)	×	○
		内	ほう酸水注入系貯蔵タンク	○	-
		内	ほう酸水注入系テストタンク	×	×
		内	原子炉冷却材浄化系フィルタ脱塩器 (A)	×	○
		内	原子炉冷却材浄化系フィルタ脱塩器 (B)	×	○
		内	原子炉冷却材浄化系プリコートタンク	×	○
		内	原子炉冷却材浄化系プリコートポンプ	×	○
		内	原子炉冷却材浄化系保持ポンプA	×	○
		内	原子炉冷却材浄化系保持ポンプB	×	○
		内	燃料プール冷却浄化系プリコートタンク	×	○
		内	燃料プール冷却浄化系プリコートポンプ	×	○
		内	R/B 5F用冷房装置	×	○
		内	ドライウェル除湿機 (WC2-5)	×	○
		内	DHC冷水ポンプ (P2-7)	×	○
		内	配管	○	-
		内	配管	×	*
		原子炉 建屋 (原子炉棟)	6F	内	原子炉補機冷却系サージタンク
内	R/B 6Fローカルクーラ			×	○
内	配管			○	-
内	配管			×	*

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (4/13)

設置場所		管理 区域 区分	機器名称	Sクラス：○ Sクラス以外：×	溢水源としない (耐震性を確認)：○ 溢水源とする：×
建屋	階層				
原子炉 建屋 (附属棟)	B2F	外	DG 2C潤滑油サンプタンク	○	—
		外	DG 2C清水冷却器	○	—
		外	DG 2C潤滑油冷却器	○	—
		外	DG 2C潤滑油加熱器	○	—
		外	DG 2D潤滑油サンプタンク	○	—
		外	DG 2D清水冷却器	○	—
		外	DG 2D潤滑油冷却器	○	—
		外	DG 2D潤滑油加熱器	○	—
		外	HPCS DG潤滑油サンプタンク	○	—
		外	HPCS DG清水冷却器	○	—
		外	HPCS DG潤滑油冷却器	○	—
		外	HPCS DG潤滑油加熱器	○	—
		外	配管	○	—
		外	配管	×	×
原子炉 建屋 (附属棟)	B1F	外	DG 2C清水膨張タンク	○	—
		外	DG 2Cシリンダー注油タンク	○	—
		外	DG 2C燃料油タンク (燃料デイトンク)	○	—
		外	DG 2C空気冷却器 (A)	○	—
		外	DG 2C空気冷却器 (B)	○	—
		外	DG 2C清水加熱器	○	—
		外	DG 2D清水膨張タンク	○	—
		外	DG 2Dシリンダー注油タンク	○	—
		外	DG 2D燃料油タンク (燃料デイトンク)	○	—
		外	DG 2D空気冷却器 (A)	○	—
		外	DG 2D空気冷却器 (B)	○	—
		外	DG 2D清水加熱器	○	—
		外	HPCS DG清水膨張タンク	○	—
		外	HPCS DGシリンダー注油タンク	○	—
		外	HPCS DG燃料油タンク (燃料デイトンク)	○	—
		外	HPCS DG空気冷却器 (A)	○	—
		外	HPCS DG空気冷却器 (B)	○	—
		外	HPCS DG清水加熱器	○	—
外	配管	○	—		
外	配管	×	×		
原子炉	3F	外	中央制御室エアハンドリングユニットファン (A)	○	—

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (5/13)

設置場所		管理 区域 区分	機器名称	Sクラス：○ Sクラス以外：×	溢水源としない (耐震性を確認)：○ 溢水源とする：×
建屋	階層				
建屋 (付属棟)		外	中央制御室エアハンドリングユニットファン (B)	○	—
		外	RXP. TK (MCR空調膨張タンク-1)	○	—
		外	RXP. TK (MCR空調膨張タンク-2)	○	—
		外	スイッチギヤ室エアハンドリング ユニットファン (A)	○	—
		外	スイッチギヤ室エアハンドリング ユニットファン (B)	○	—
		外	RXP. TK (SWGR空調膨張タンク-1)	○	—
		外	RXP. TK (SWGR空調膨張タンク-2)	○	—
		外	ユニットヒータ (UH2-24)	×	×
		外	ユニットヒータ (UH2-25)	×	×
		外	ユニットヒータ (UH2-26)	×	×
		外	ユニットヒータ (UH2-27)	×	×
		外	ユニットヒータ (UH2-28)	×	×
		外	配管	○	—
		外	配管	×	×
原子炉 建屋 (付属棟)	屋上	外	バッテリー室エアハンドリング ユニットファン (A)	○	—
		外	バッテリー室エアハンドリング ユニットファン (B)	○	—
		外	中央制御室チラーユニット (WC2-1)	×	×
		外	中央制御室チラーユニット (WC2-2)	×	×
		外	SWGRチラーユニット (WC2-3A)	×	×
		外	SWGRチラーユニット (WC2-3B)	×	×
		外	SWGRチラーユニット (WC2-4A)	×	×
		外	SWGRチラーユニット (WC2-4B)	×	×
		外	配管	○	—
外	配管	×	×		
原子炉 建屋 (廃棄物 処理棟)	BIF	内	廃液収集タンク	×	×
		内	サージタンク (A)	×	×
		内	サージタンク (B)	×	×
		内	床ドレン収集タンク	×	×
		内	濃縮廃液貯蔵タンク (A)	×	×
		内	濃縮廃液貯蔵タンク (B)	×	×
		内	濃縮廃液貯蔵タンク (C)	×	×
		内	蒸気復水冷却器	×	×
内	所内蒸気復水タンク	×	×		
原子炉	BIF	内	廃液中和タンク (A)	×	×

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (6/13)

設置場所		管理 区域 区分	機器名称	Sクラス：○ Sクラス以外：×	溢水源としない (耐震性を確認)：○ 溢水源とする：×
建屋	階層				
建屋 (廃棄物 処理棟)		内	廃液中和タンク (B)	×	×
		内	洗濯廃液ドレンタンク (A)	×	×
		内	洗濯廃液ドレンタンク (B)	×	×
		内	廃液スラッジ貯蔵タンク (A)	×	×
		内	廃液スラッジ貯蔵タンク (B)	×	×
		内	床ドレンスラッジ貯蔵タンク	×	×
		内	使用済樹脂貯蔵タンク	×	×
		内	使用済粉末樹脂貯蔵タンク (A)	×	×
		内	使用済粉末樹脂貯蔵タンク (B)	×	×
		内	配管	×	×
原子炉 建屋 (廃棄物 処理棟)	MB1F	内	タンクベント冷却器	×	×
		内	タンクベント加熱器	×	×
		内	所内蒸気系蒸気加熱器	×	×
		内	配管	×	×
原子炉 建屋 (廃棄物 処理棟)	1F	内	排ガスブロワ後置冷却器 (A)	×	×
		内	排ガスブロワ後置冷却器 (B)	×	×
		内	グリコール冷凍機 (A)	×	×
		内	グリコール冷凍機 (B)	×	×
		内	排ガス系グリコールタンク	×	×
		内	排ガス前置除湿器 (A)	×	×
		内	排ガス前置除湿器 (B)	×	×
		内	中和硫酸タンク	×	×
		内	中和苛性タンク	×	×
		内	りん酸ソーダタンク	×	×
		内	廃液脱塩器	×	×
		内	凝縮水脱塩器	×	×
		内	凝縮水サンプルタンク	×	×
		内	床ドレンサンプルタンク (A)	×	×
		内	床ドレンサンプルタンク (B)	×	×
		内	廃液サンプルタンク (A)	×	×
		内	廃液サンプルタンク (B)	×	×
		内	配管	○	—
内	配管	×	×		
原子炉	2F	内	廃液濃縮器加熱器 (A)	×	×

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (7/13)

設置場所		管理 区域 区分	機器名称	Sクラス：○ Sクラス以外：×	溢水源としない (耐震性を確認)：○ 溢水源とする：×
建屋	階層				
建屋 (廃棄物 処理棟)		内	廃液濃縮器加熱器 (B)	×	×
		内	廃液濃縮器蒸発缶 (A)	×	×
		内	廃液濃縮器蒸発缶 (B)	×	×
		内	凝縮水収集タンク	×	×
		内	凝集沈殿装置供給タンク	×	×
		内	凝集沈殿装置	×	×
		内	配管	○	—
		内	配管	×	×
原子炉 建屋 (廃棄物 処理棟)	3F	内	オフガス再生室エアハンドリングユニット (AH2-21)	×	×
		内	オフガス再生室チラーユニット (WC2-21)	×	×
		内	SURGE TANK	×	×
		内	再生ガス冷却器	×	×
		内	再生ガスブロワ (A)	×	×
		内	再生ガスブロワ (B)	×	×
		内	配管	×	×
原子炉 建屋 (廃棄物 処理棟)	4F	内	廃液濃縮器復水器 (A)	×	×
		内	廃液濃縮器復水器 (B)	×	×
		内	封水冷却器 (A)	×	×
		内	封水冷却器 (B)	×	×
		内	スパージングブロワ入口冷却器	×	×
		内	スパージングブロワ出口冷却器	×	×
		内	スパージングブロワ	×	×
		内	配管	×	×
タービン 建屋	B1F	内	復水器 (A)	×	×
		内	復水器 (B)	×	×
		内	復水器 (C)	×	×
		内	給水加熱器 (3A)	×	×
		内	給水加熱器 (3B)	×	×
		内	給水加熱器 (3C)	×	×
		内	給水加熱器 (4A)	×	×
		内	給水加熱器 (4B)	×	×
		内	給水加熱器 (4C)	×	×
タービン	B1F	内	給水加熱器 (5A)	×	×

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (8/13)

設置場所		管理 区域 区分	機器名称	Sクラス：○ Sクラス以外：×	溢水源としない (耐震性を確認)：○ 溢水源とする：×
建屋	階層				
建屋		内	給水加熱器 (5 B)	×	×
		内	給水加熱器 (5 C)	×	×
		内	高圧復水ポンプ (A) 潤滑油タンク	×	×
		内	高圧復水ポンプ (B) 潤滑油タンク	×	×
		内	高圧復水ポンプ (C) 潤滑油タンク	×	×
		内	高圧復水ポンプ (A) 潤滑油冷却器	×	×
		内	高圧復水ポンプ (B) 潤滑油冷却器	×	×
		内	高圧復水ポンプ (C) 潤滑油冷却器	×	×
		内	HPCP (A) モータークーラ	×	×
		内	HPCP (B) モータークーラ	×	×
		内	HPCP (C) モータークーラ	×	×
		内	制御油タンク	×	×
		内	貯油タンク	×	×
		内	制御油冷却器 (A)	×	×
		内	制御油冷却器 (B)	×	×
		内	バッチオイルタンク	×	×
		内	計装用空気圧縮機 (A)	×	×
		内	計装用空気圧縮機 (B)	×	×
		内	計装用空気系アフタークーラ (A)	×	×
		内	計装用空気系アフタークーラ (B)	×	×
		内	電動駆動原子炉給水ポンプシールドレン コレクタータンク	×	×
		内	所内用空気圧縮機 (A)	×	×
		内	所内用空気圧縮機 (B)	×	×
		内	所内用空気系アフタークーラ (A)	×	×
		内	所内用空気系アフタークーラ (B)	×	×
		内	脱塩塔No. 1	×	×
		内	脱塩塔No. 2	×	×
内	脱塩塔No. 3	×	×		
内	脱塩塔No. 4	×	×		
内	脱塩塔No. 5	×	×		
内	脱塩塔No. 6	×	×		
内	脱塩塔No. 7	×	×		
タービン	B1F	内	脱塩塔No. 8	×	×

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (9/13)

設置場所		管理 区域 区分	機器名称	Sクラス：○ Sクラス以外：×	溢水源としない (耐震性を確認)：○ 溢水源とする：×
建屋	階層				
建屋		内	脱塩塔No. 9	×	×
		内	脱塩塔No. 10	×	×
		内	硫酸計量槽	×	×
		内	アニオン樹脂再生塔	×	×
		内	苛性ソーダ計量槽	×	×
		内	カチオン樹脂再生塔	×	×
		内	中間樹脂槽	×	×
		内	樹脂貯槽	×	×
		内	コンデミリサイクルポンプ (A) クーラ	×	×
		内	コンデミリサイクルポンプ (B) クーラ	×	×
		内	サンプルラック (22)	×	×
		内	サンプルラック (24)	×	×
		内	サンプルラック (H ₂ O ₂)	×	×
		内	サンプルラック (25)	×	×
		内	サンプルラック (28)	×	×
		内	LPCP (A) 油クーラ	×	×
		内	LPCP (B) 油クーラ	×	×
		内	LPCP (C) 油クーラ	×	×
		内	LPCP (A) モータクーラ	×	×
		内	LPCP (B) モータクーラ	×	×
内	LPCP (C) モータクーラ	×	×		
内	配管	×	×		
内	配管 (タービン建屋基礎マット～復水器廻り隔離弁及び復水器バイパス弁迄)	×	○		
タービン 建屋	1F	内	VACUUM TANK	×	×
		内	原子炉補機冷却系熱交換器 (A)	×	×
		内	原子炉補機冷却系熱交換器 (B)	×	×
		内	原子炉補機冷却系熱交換器 (C)	×	×
		内	サンプルクーラ (6B)	×	×
		内	排ガス復水器 (A)	×	×
		内	排ガス復水器 (B)	×	×
		内	排ガス予熱器 (A)	×	×
		内	排ガス予熱器 (B)	×	×
		内	給水加熱器 (1A)	×	×
タービン 建屋	1F	内	給水加熱器 (1B)	×	×

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (10/13)

設置場所		管理 区域 区分	機器名称	Sクラス：○ Sクラス以外：×	溢水源としない (耐震性を確認)：○ 溢水源とする：×
建屋	階層				
		内	給水加熱器 (1 C)	×	×
		内	給水加熱器 (2 A)	×	×
		内	給水加熱器 (2 B)	×	×
		内	給水加熱器 (2 C)	×	×
		内	給水加熱器 (6 A)	×	×
		内	給水加熱器 (6 B)	×	×
		内	給水加熱器 (6 C)	×	×
		内	グラント蒸気蒸発器 (4 Sエバポレータ)	×	×
		内	グラント蒸気蒸発器 (4 Sエバポレータ) ドレンタンク	×	×
		内	グラント蒸気復水器	×	×
		内	湿分分離器 (A)	×	×
		内	湿分分離器 (B)	×	×
		内	湿分分離器ドレンタンク (A)	×	×
		内	湿分分離器ドレンタンク (B)	×	×
		内	復水器真空ポンプ用ウォータセパレータ	×	×
		内	真空ポンプシール水クーラ	×	×
		内	空気抽出器	×	×
		内	電動機駆動原子炉給水ポンプ (A) 潤滑油タンク	×	×
		内	電動機駆動原子炉給水ポンプ (B) 潤滑油タンク	×	×
		内	電動機駆動原子炉給水ポンプ (A) 潤滑油冷却器	×	×
		内	電動機駆動原子炉給水ポンプ (B) 潤滑油冷却器	×	×
		内	MDRFP (A) モータクーラ	×	×
		内	MDRFP (B) モータクーラ	×	×
		内	サンプルラック (3 1)	×	×
		内	サンプルラック (B 2 2-Z 0 0 1)	×	×
		内	サンプルラック (3 3)	×	×
		内	サンプルラック (3 0)	×	×
		内	原子炉給水ポンプ駆動用蒸気タービン (A) 油タンク	×	×
		内	原子炉給水ポンプ駆動用蒸気タービン (B) 油タンク	×	×
		内	油冷却器No. 1 (A 1)	×	×
		内	油冷却器No. 1 (B 1)	×	×
		内	油冷却器No. 2 (A 2)	×	×
		内	油冷却器No. 2 (B 2)	×	×
タービン	1F	内	補助油タンク	×	×

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (11/13)

設置場所		管理 区域 区分	機器名称	Sクラス：○ Sクラス以外：×	溢水源としない (耐震性を確認)：○ 溢水源とする：×
建屋	階層				
建屋		内	油清浄機	×	×
		内	主油タンク	×	×
		内	主油タンク冷却器 (A)	×	×
		内	主油タンク冷却器 (B)	×	×
		内	発電機水素密封油装置	×	×
		内	固定子冷却装置	×	×
		内	固定子冷却水冷却器 (A)	×	×
		内	固定子冷却水冷却器 (B)	×	×
		内	タービン補機冷却系熱交換器 (A)	×	×
		内	タービン補機冷却系熱交換器 (B)	×	×
		内	タービン補機冷却系熱交換器 (C)	×	×
		内	補助ボイラ (2 A)	×	×
		内	補助ボイラ (2 B)	×	×
		内	補助ボイラ蒸気溜	×	×
		内	薬注タンク	×	×
		内	補助ボイラ連続ブロー熱交換器	×	×
		内	給水タンク	×	×
		内	重油サービスタンク	×	×
		内	ディーゼル駆動消火ポンプ用デイトンク	×	×
		内	アフタークーラ	×	×
		内	復水脱塩装置空気圧縮機	×	×
		内	相分離母線空気冷却器 (A)	×	×
		内	相分離母線空気冷却器 (B)	×	×
		内	復水器ブライミングポンプクーラ (A)	×	×
		内	復水器ブライミングポンプクーラ (B)	×	×
		内	配管	×	×
タービン 建屋	2F	内	原子炉補機冷却系防錆剤注入タンク	×	×
		内	タービン補機冷却系サージタンク	×	×
		内	励磁機空気冷却器	×	×
		内	発電機水素冷却器 (A)	×	×
		内	発電機水素冷却器 (B)	×	×
		内	発電機水素冷却器 (C)	×	×
タービン 建屋	2F	内	タービン建屋送風機ヒーティングコイル (HC 2-1)	×	×

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (12/13)

設置場所		管理 区域 区分	機器名称	Sクラス：○ Sクラス以外：×	溢水源としない (耐震性を確認)：○ 溢水源とする：×		
建屋	階層						
		内	タービン建屋送風機ヒーティングコイル (HC 2-2)	×	×		
		内	原子炉建屋換気系送風機ヒーティングコイル (HC 2-3)	×	×		
		内	原子炉建屋換気系送風機ヒーティングコイル (HC 2-4)	×	×		
		内	廃棄物処理棟給気ファンヒーティングコイル (HC 2-5)	×	×		
		内	廃棄物処理棟給気ファンヒーティングコイル (HC 2-6)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-1)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-2)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-3)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-4)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-5)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-6)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-7)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-8)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-10)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-11)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-12)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-15)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-16)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-17)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-19)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-20)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-21)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-22)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-23)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-29)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-30)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-31)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-32)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-33)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-34)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-35)	×	×		
		内	ユニットヒータ (UH 2-36)	×	×		
		タービン	2F	内	ユニットヒータ (UH 2-37)	×	×

第 2.1-1 表 溢水源となる機器のリスト (13/13)

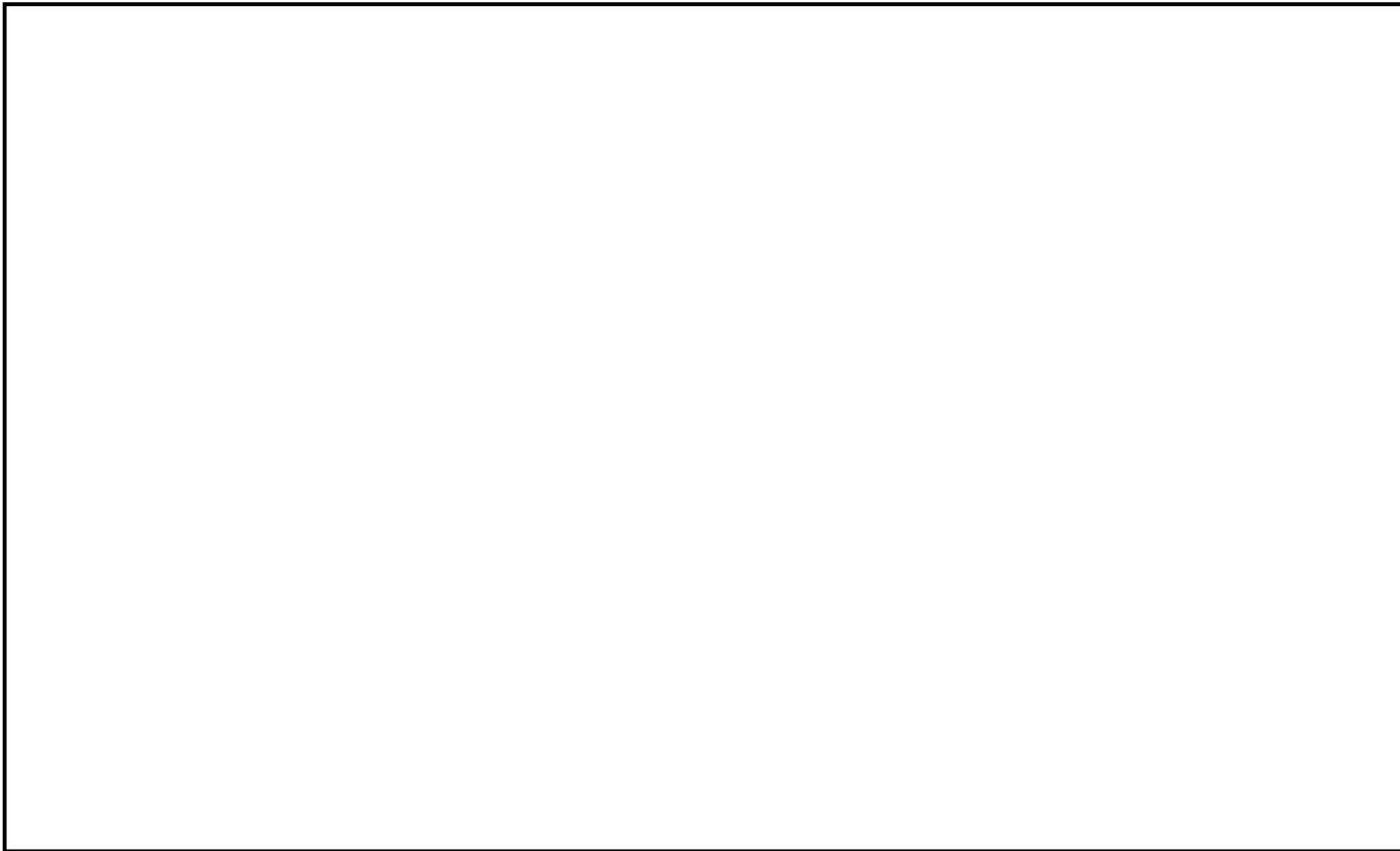
設置場所		管理 区域 区分	機器名称	S クラス : ○ S クラス以外 : ×	溢水源としない (耐震性を確認) : ○ 溢水源とする : ×
建屋	階層				
建屋		内	ユニットヒータ (UH2-38)	×	×
		内	ユニットヒータ (UH2-39)	×	×
		内	ユニットヒータ (UH2-40)	×	×
		内	配管	×	×
タービン 建屋	屋上	外	真空脱気器	×	×
		外	配管	×	×
復水貯蔵 タンク エリア	屋外	内	復水貯蔵タンク (A)	×	×
		内	復水貯蔵タンク (B)	×	×
		内	配管	×	×
海水 ポンプ エリア	屋外	外	ASW ポンプ(A)	×	○
		外	ASW ポンプ(B)	×	○
		外	ASW ポンプ(C)	×	○
		外	RHRS ポンプ(A)	○	—
		外	RHRS ポンプ(B)	○	—
		外	RHRS ポンプ(C)	○	—
		外	RHRS ポンプ(D)	○	—
		外	DGSW ポンプ(2C)	○	—
		外	DGSW ポンプ(2D)	○	—
		外	HPCS-DGSW ポンプ	○	—
		外	配管	○	○
		外	配管 (補機冷却系海水配管, 所内用水系配管)	×	○
常設代 替高圧 電源装 置置場	1F	外	配管	×	○
	B1F	外	軽油タンク	○	—
		外	燃料移送ポンプ (A)	○	—
		外	燃料移送ポンプ (B)	○	—
		外	燃料移送ポンプ (C)	○	—
		外	配管 (燃料移送系配管)	○	—
	外	配管 (常設代替高圧電源装置置場換気空調系)	×	○	
B2F ～ B4F	外	配管 (燃料移送系配管)	○	—	
カルバ ート	-	外	配管 (燃料移送系配管)	○	—
立坑	-	外	配管 (燃料移送系配管)	○	—

*原子炉補機冷却水系, 燃料プール冷却浄化系, 復水・純水移送系, 原子炉冷却材浄化系, 制御棒駆動系, 消火系については, 耐震性を確認し溢水源としない。

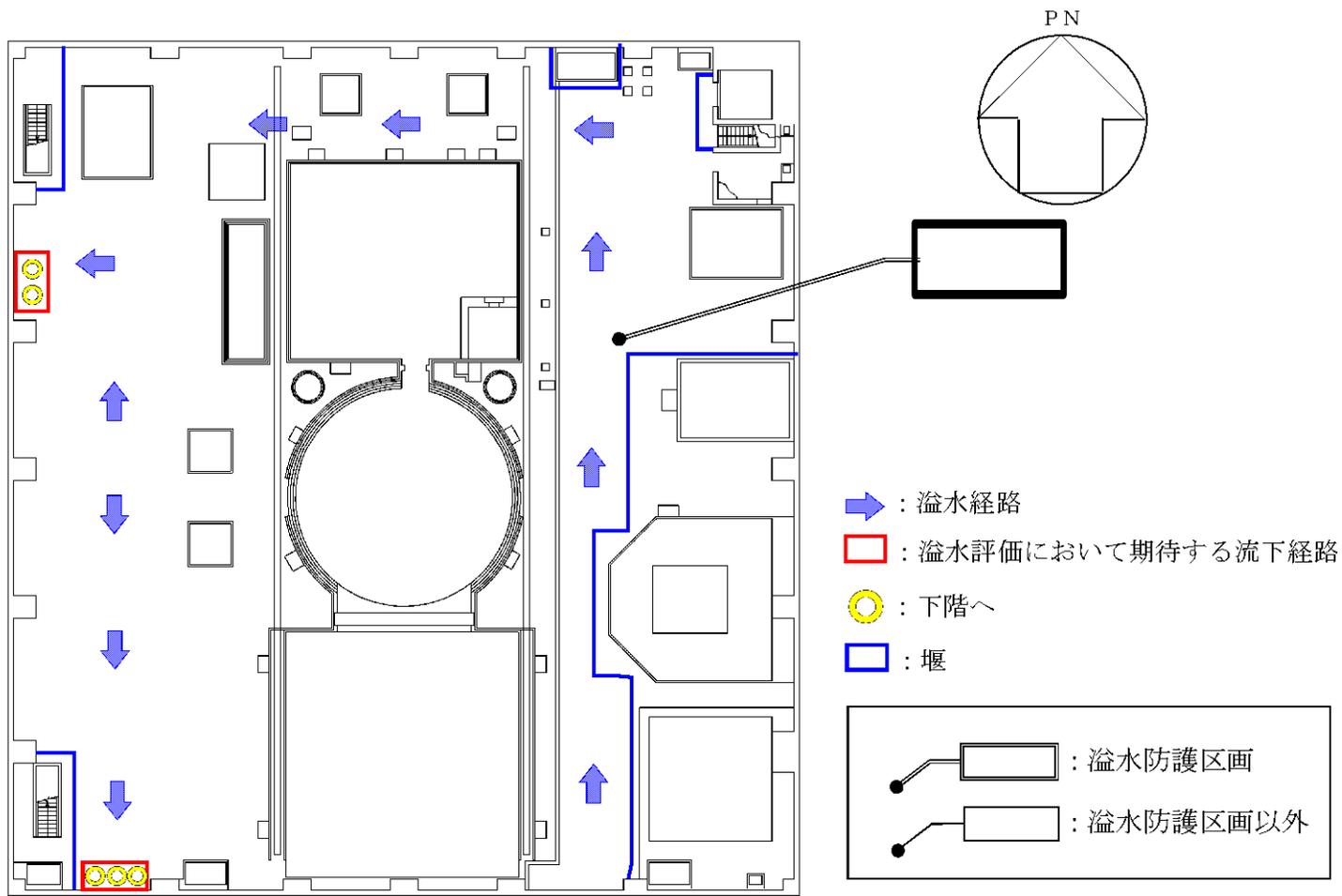
2.2 溢水経路のモデル図

溢水の発生を想定する以下の建屋について、発生を想定する溢水が最地下階まで流下し滞留するまでの経路の考え方を第 2.2-1 図～第 2.2-8 図に示す。

- ・原子炉建屋原子炉棟
- ・原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟）
- ・原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟除く）
- ・タービン建屋（復水貯蔵タンクエリア含む）
- ・海水ポンプ室
- ・常設代替高圧電源装置置場（カルバート，立坑含む）
- ・廃棄物処理建屋

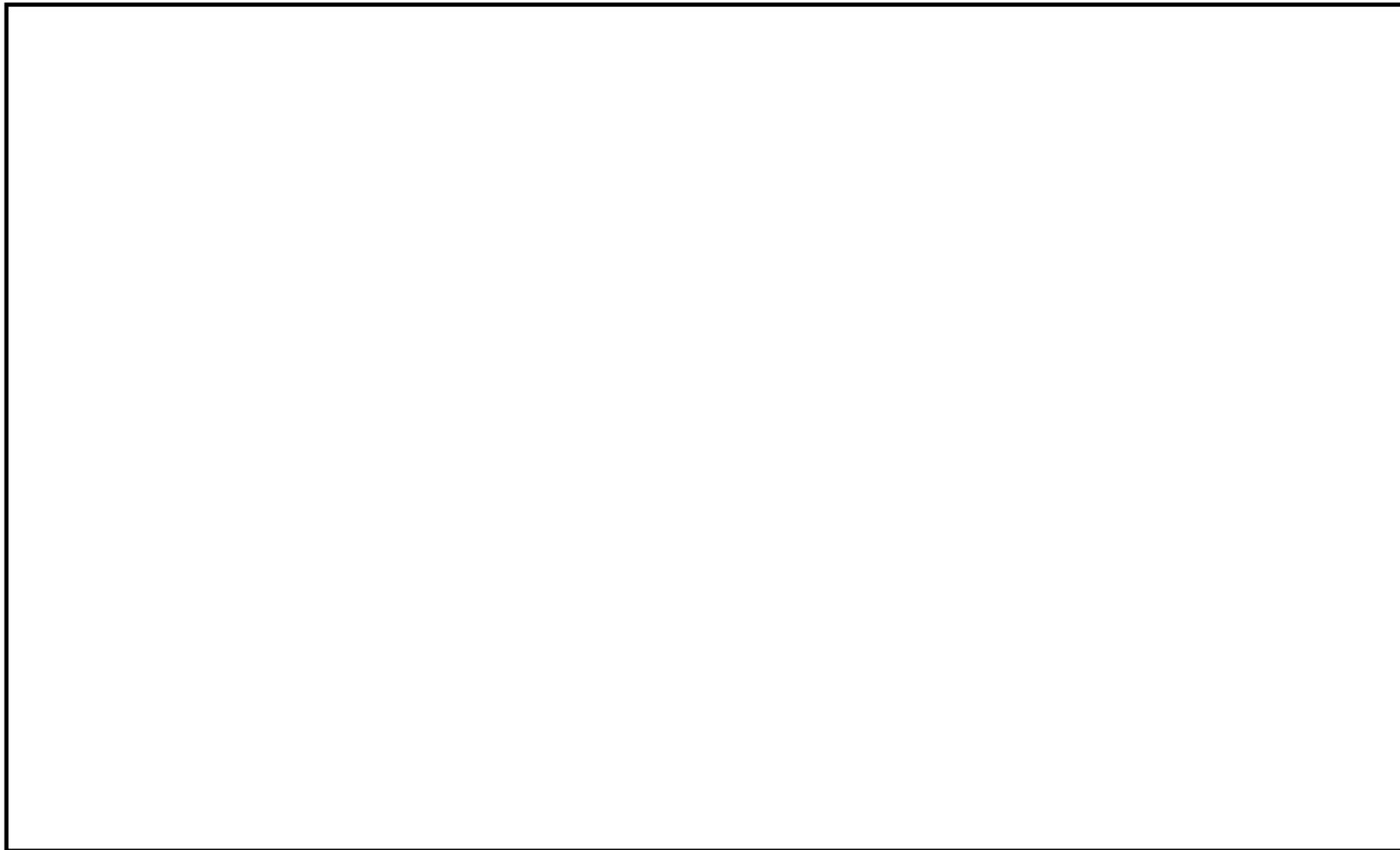


第 2.2-1 図 原子炉建屋原子炉棟溢水経路モデル図



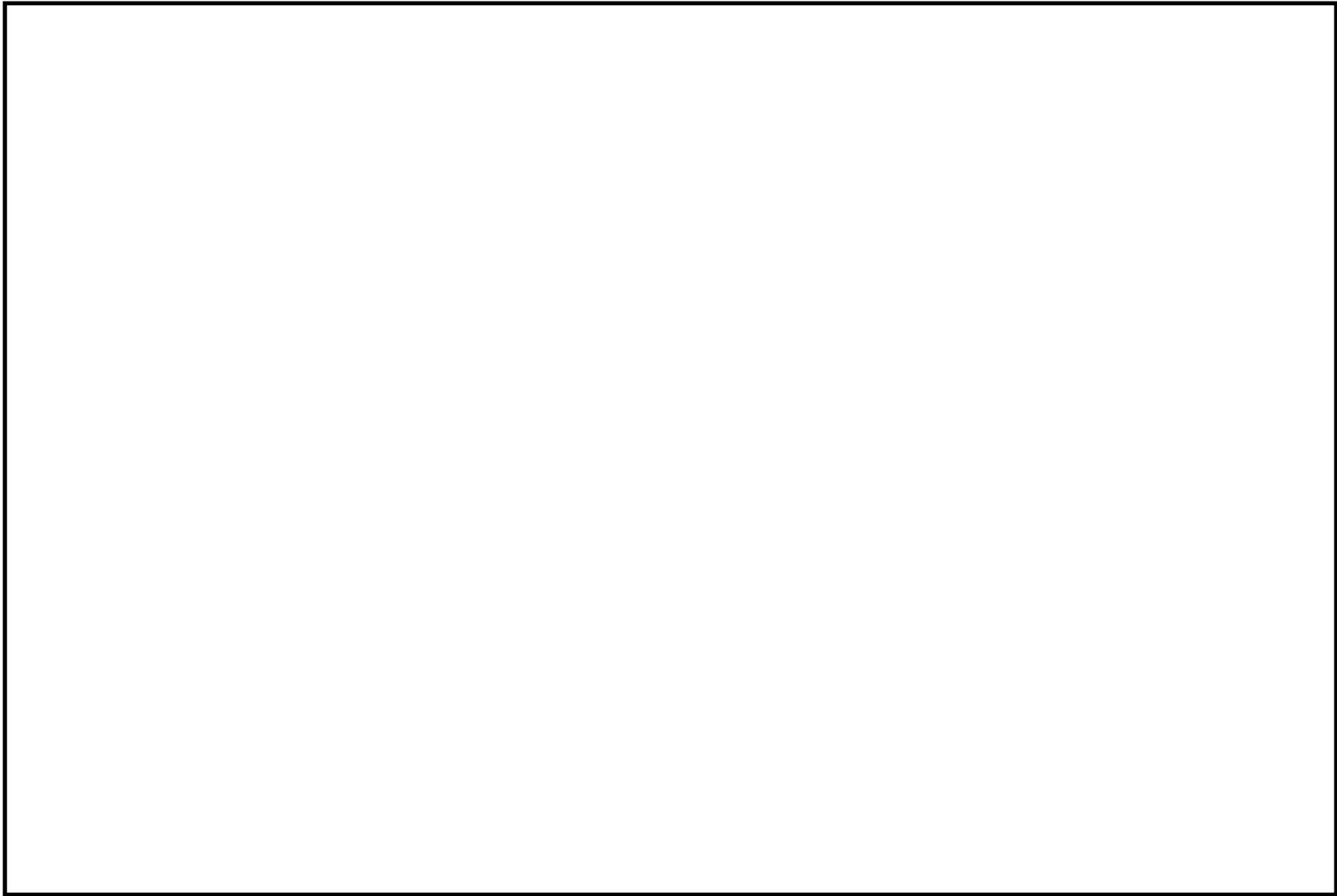
第 2.2-2 図 [] 溢水経路 []

補-2.2-4



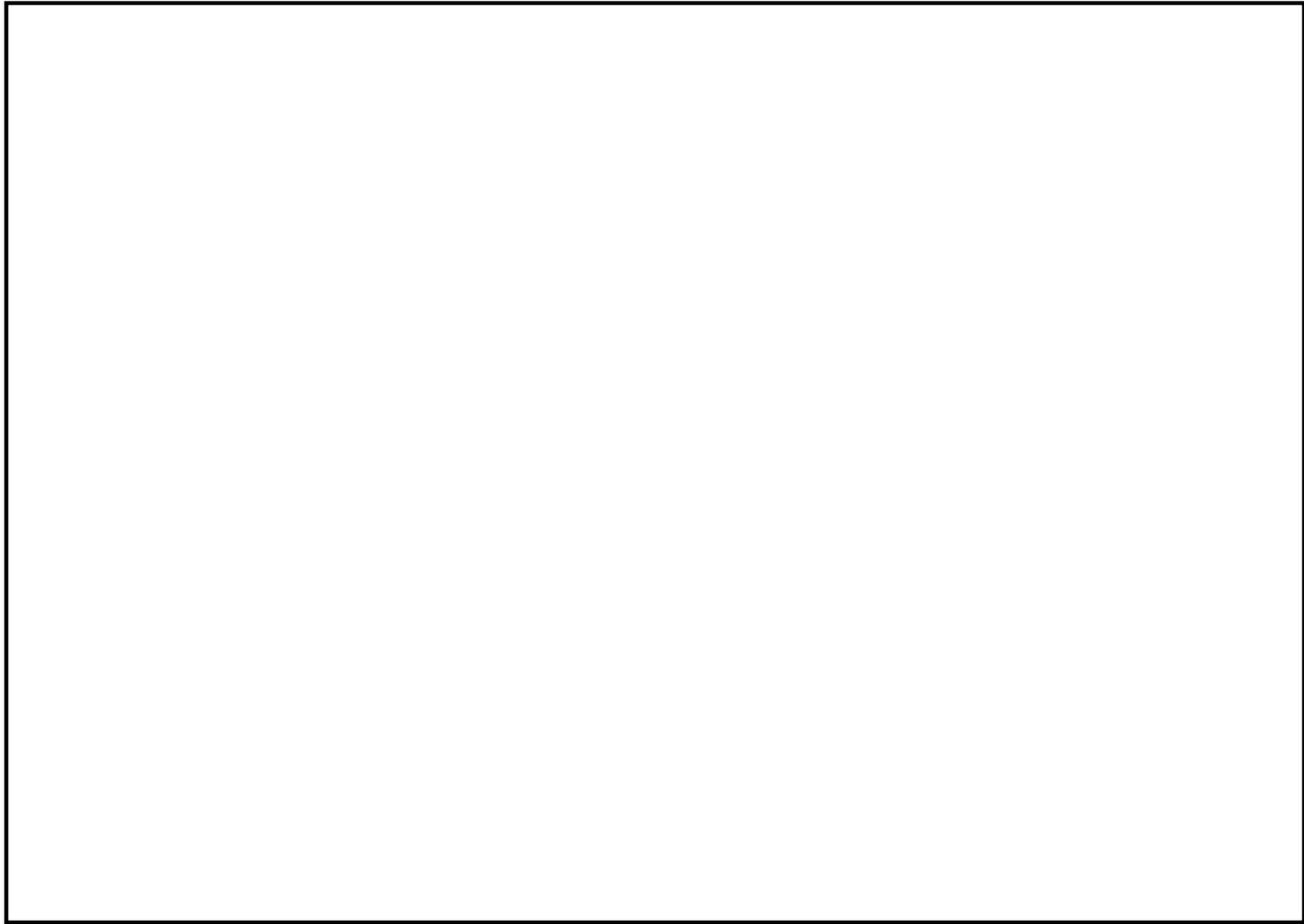
第 2.2-2 図 原子炉建屋原子炉棟溢水経路（地上 5 階）

補-2.2-5



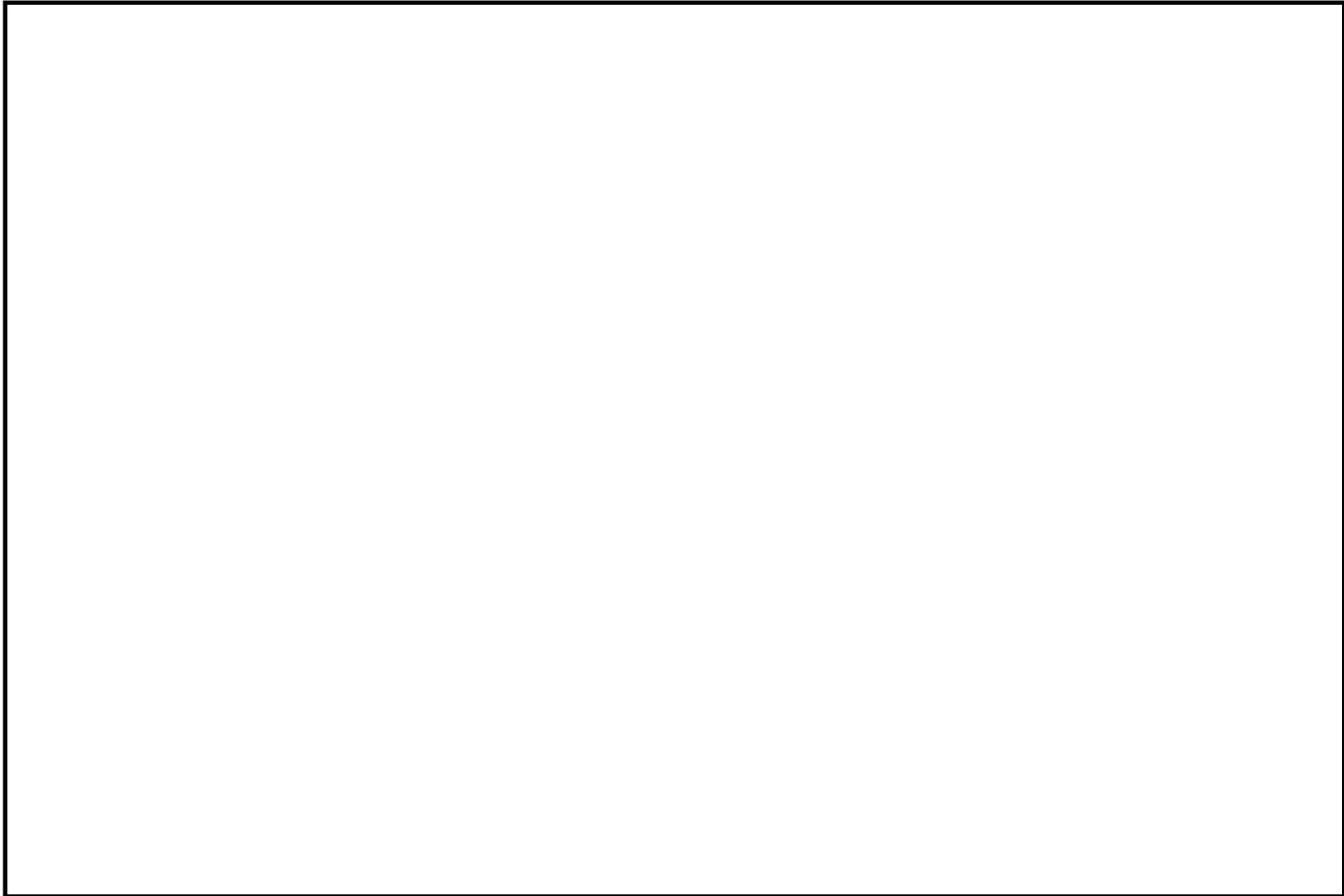
第 2.2-2 図 原子炉建屋原子炉棟溢水経路（地上 4 階）

補-2.2-6



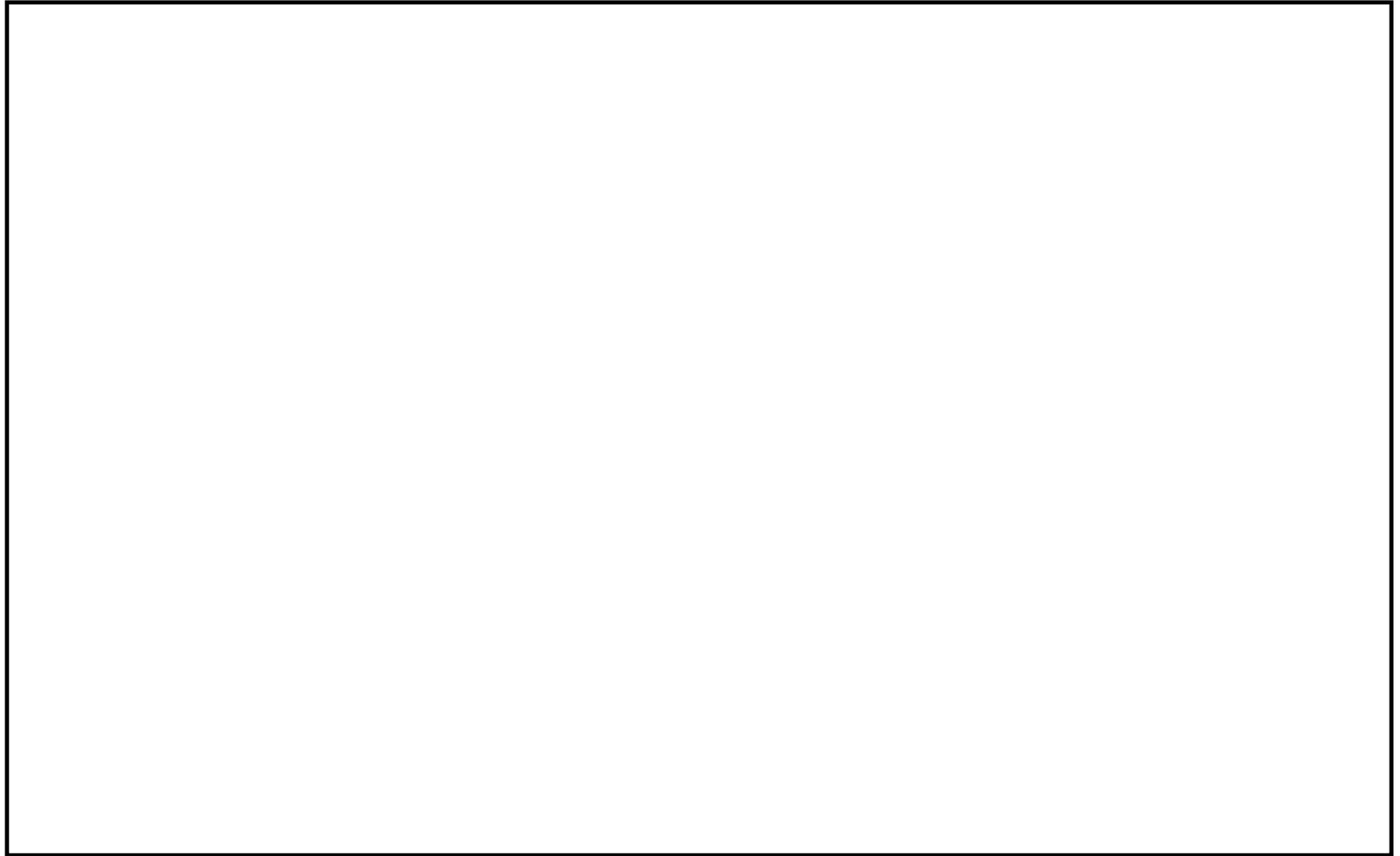
第 2.2-2 図 原子炉建屋原子炉棟溢水経路（地上 3 階）

補-2.2-7



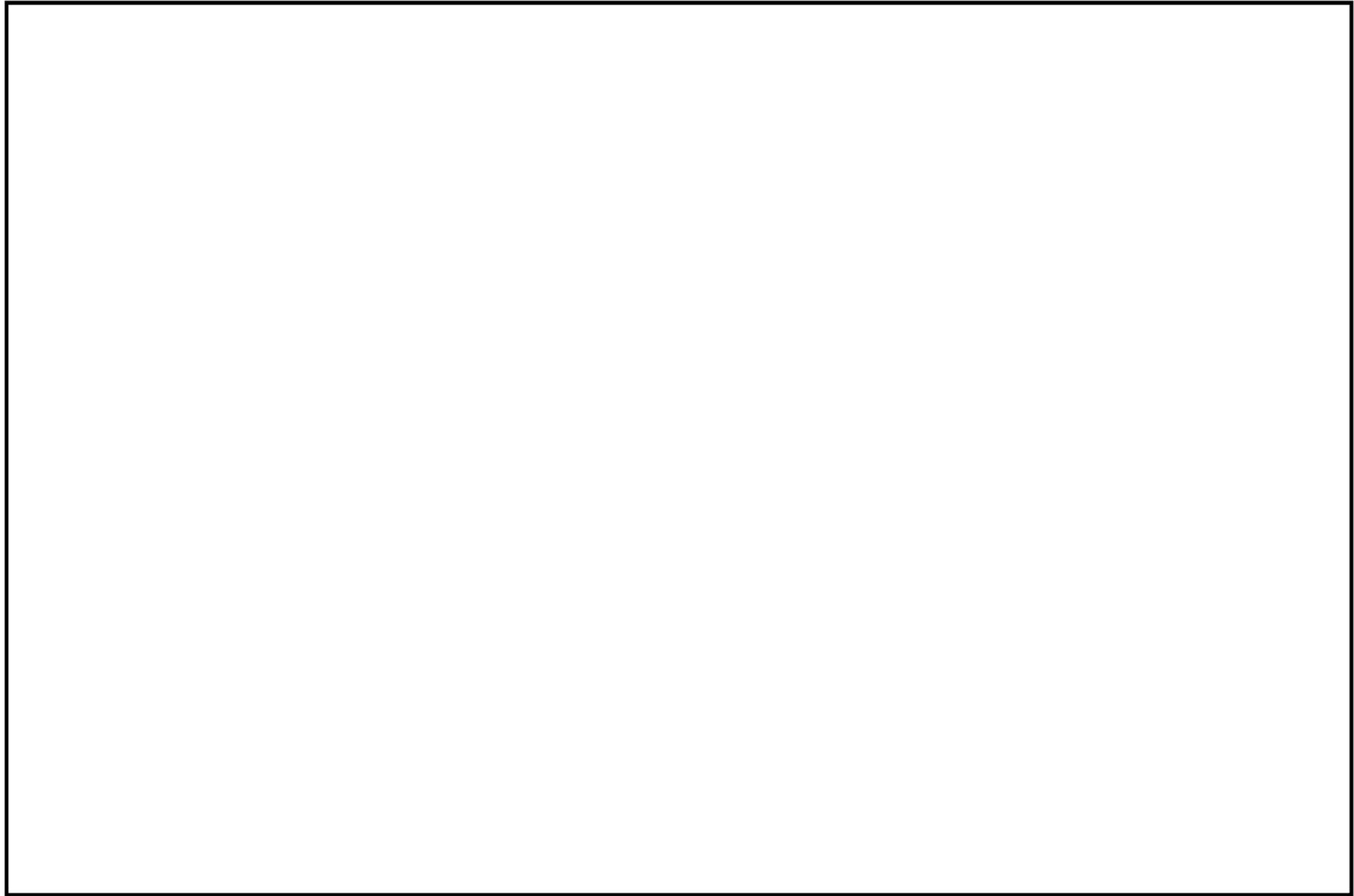
第 2.2-2 図 原子炉建屋原子炉棟溢水経路（地上 2 階）

補-2.2-8



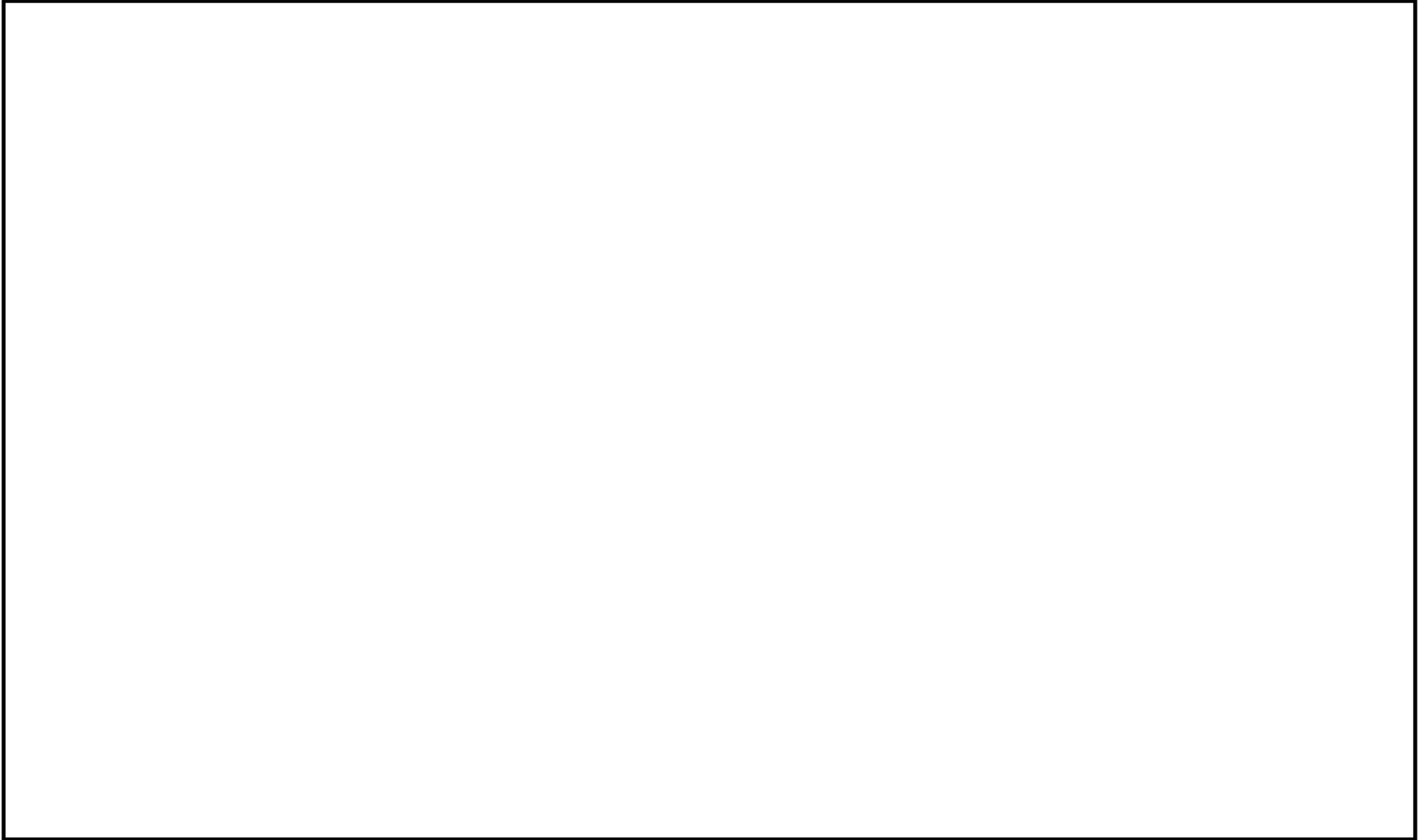
第 2.2-2 図 原子炉建屋原子炉棟溢水経路（地上 1 階）

補-2.2-9

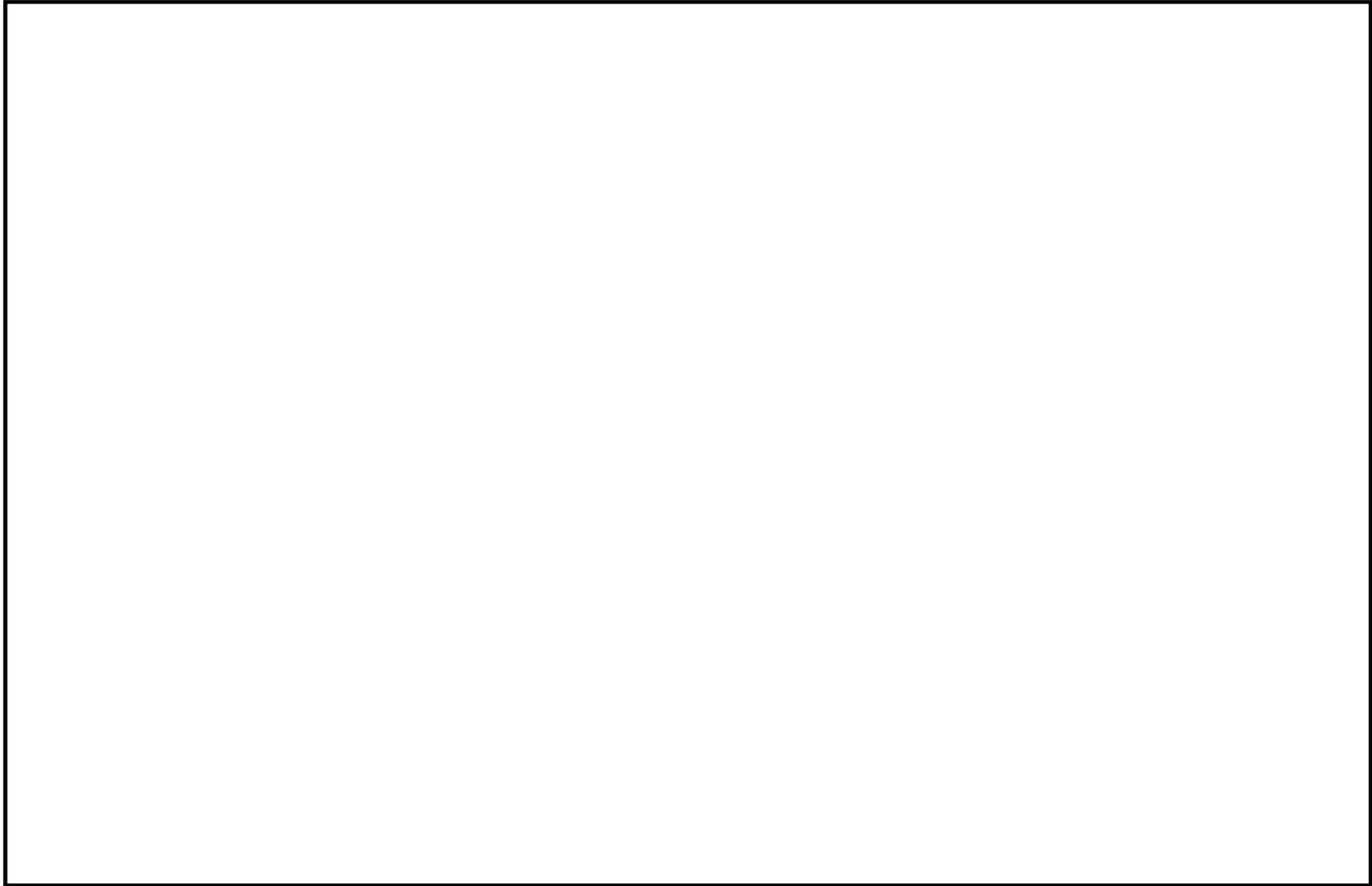


第 2.2-2 図 原子炉建屋原子炉棟溢水経路（地下 1 階）

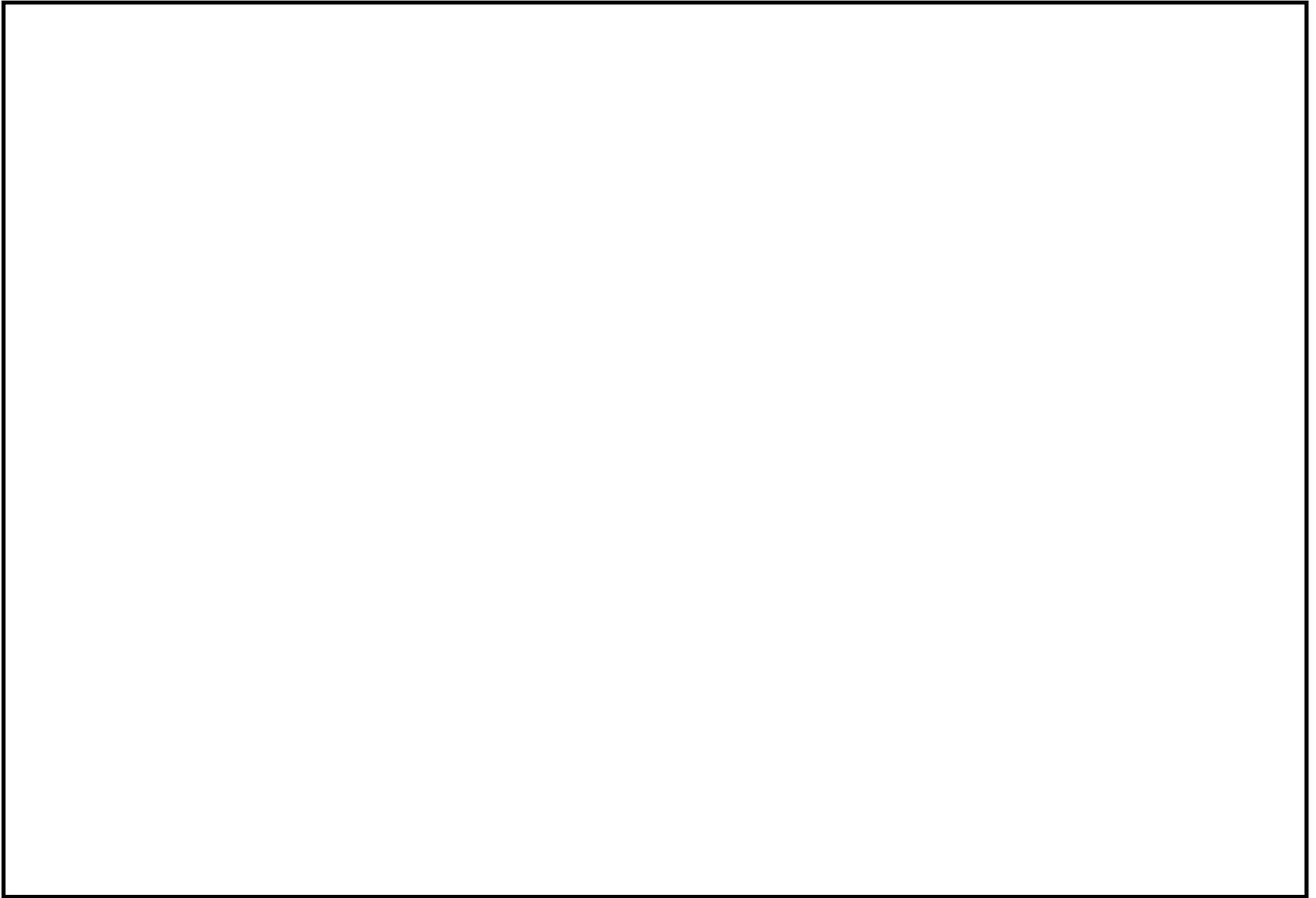
補-2.2-10



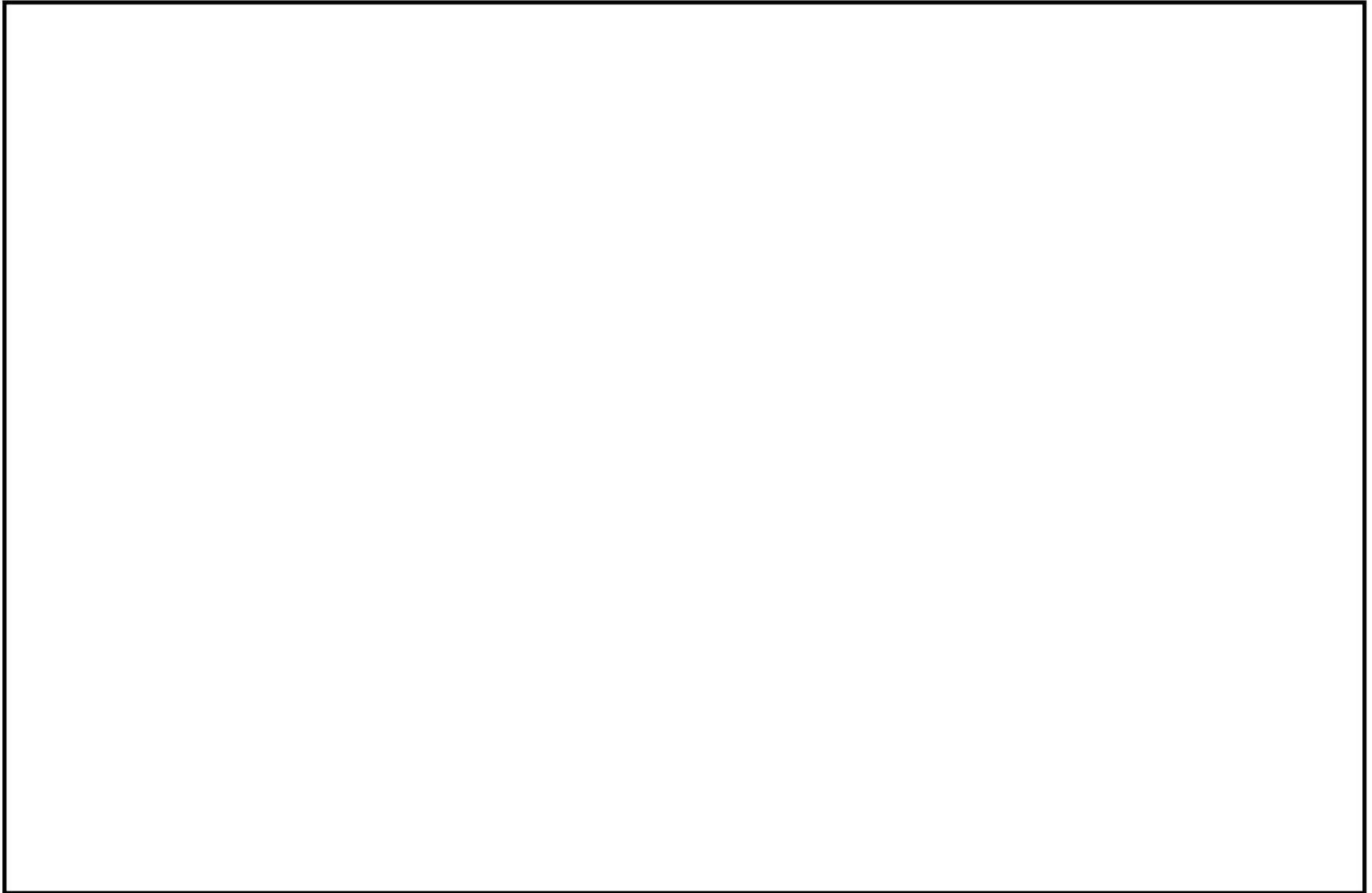
第 2.2-2 図 原子炉建屋原子炉棟溢水経路（地下 2 階）



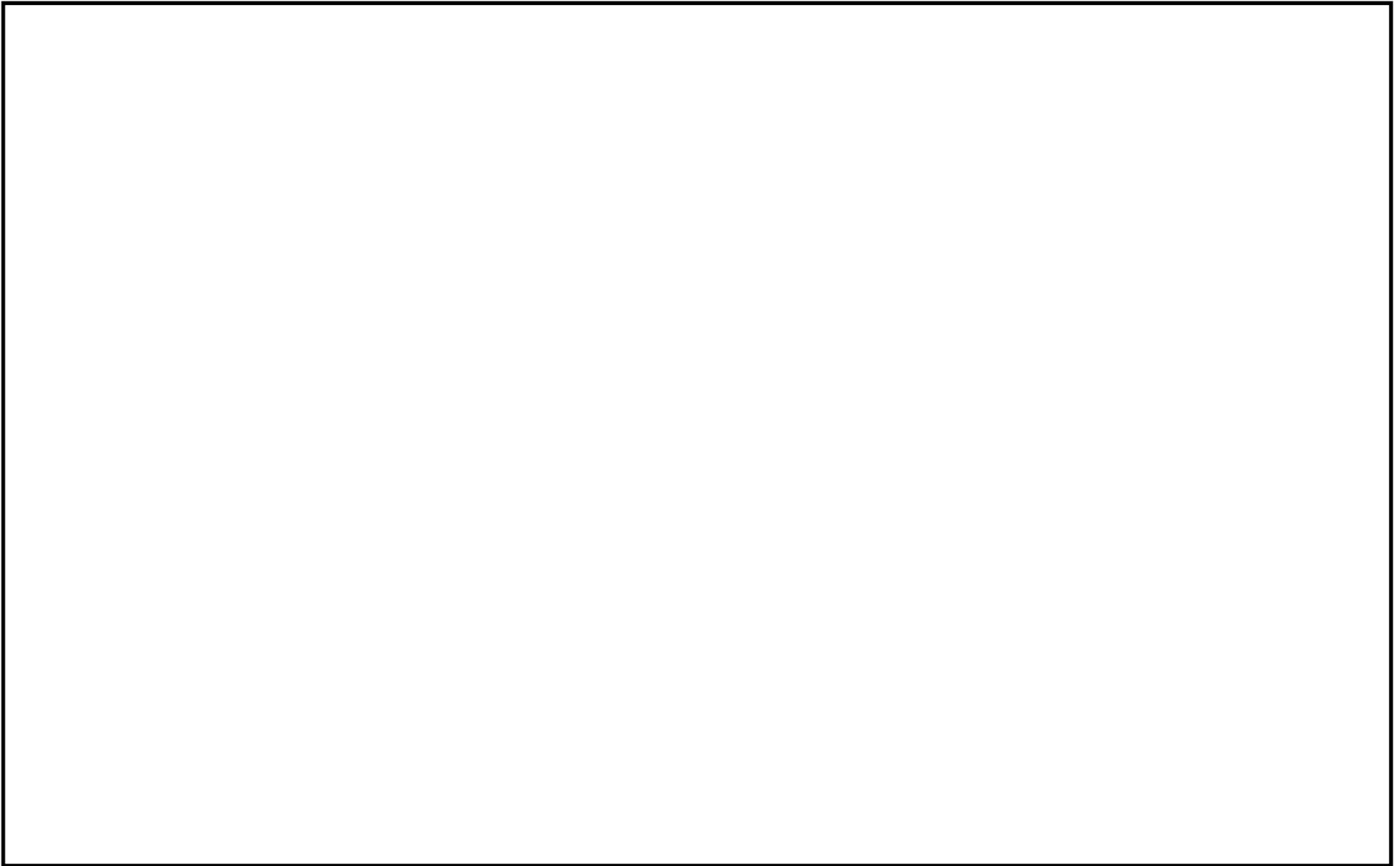
第 2.2-3 図 原子炉建屋廃棄物処理棟溢水経路（地上 4 階）



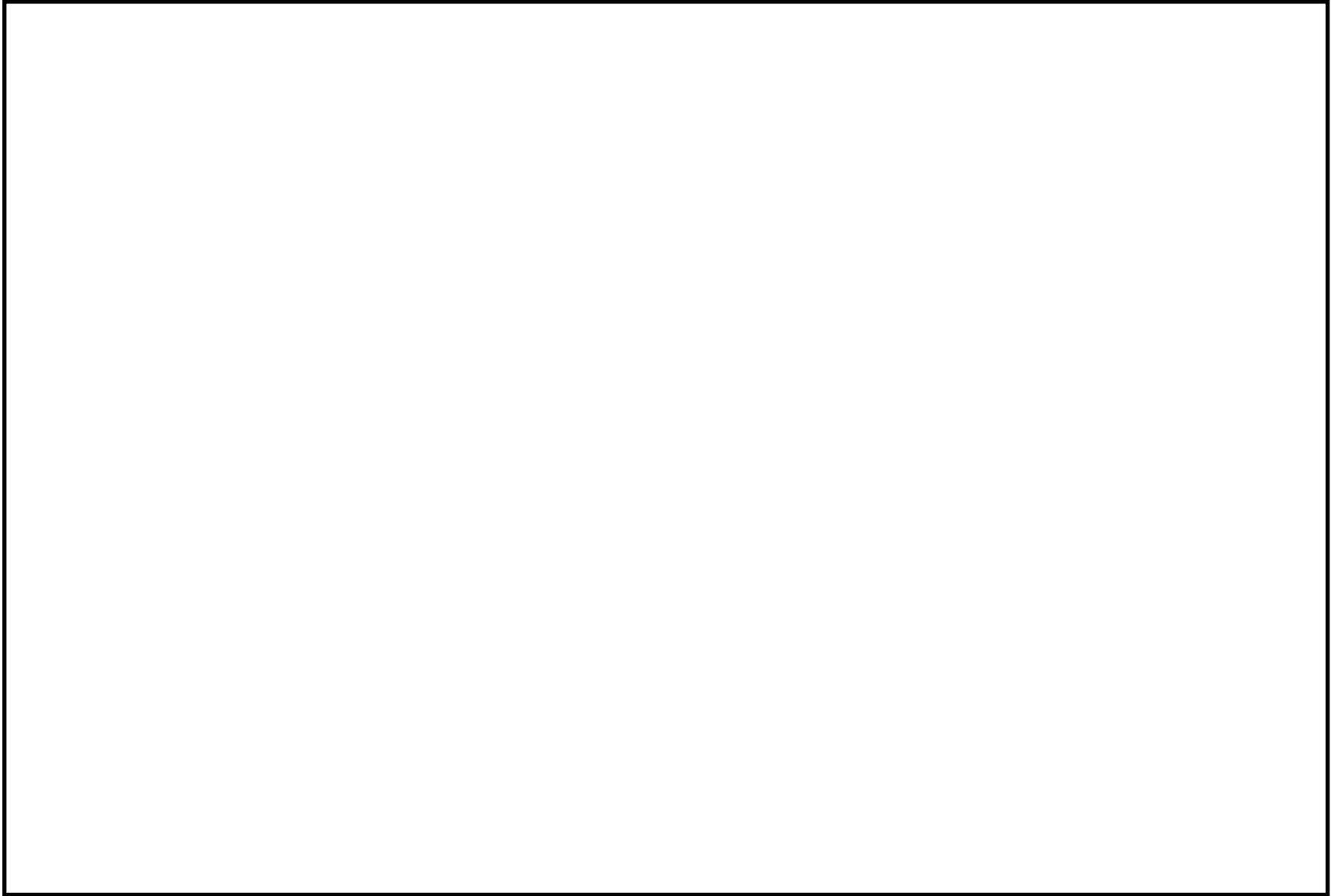
第 2.2-3 図 原子炉建屋廃棄物処理棟溢水経路 (地上 3 階)



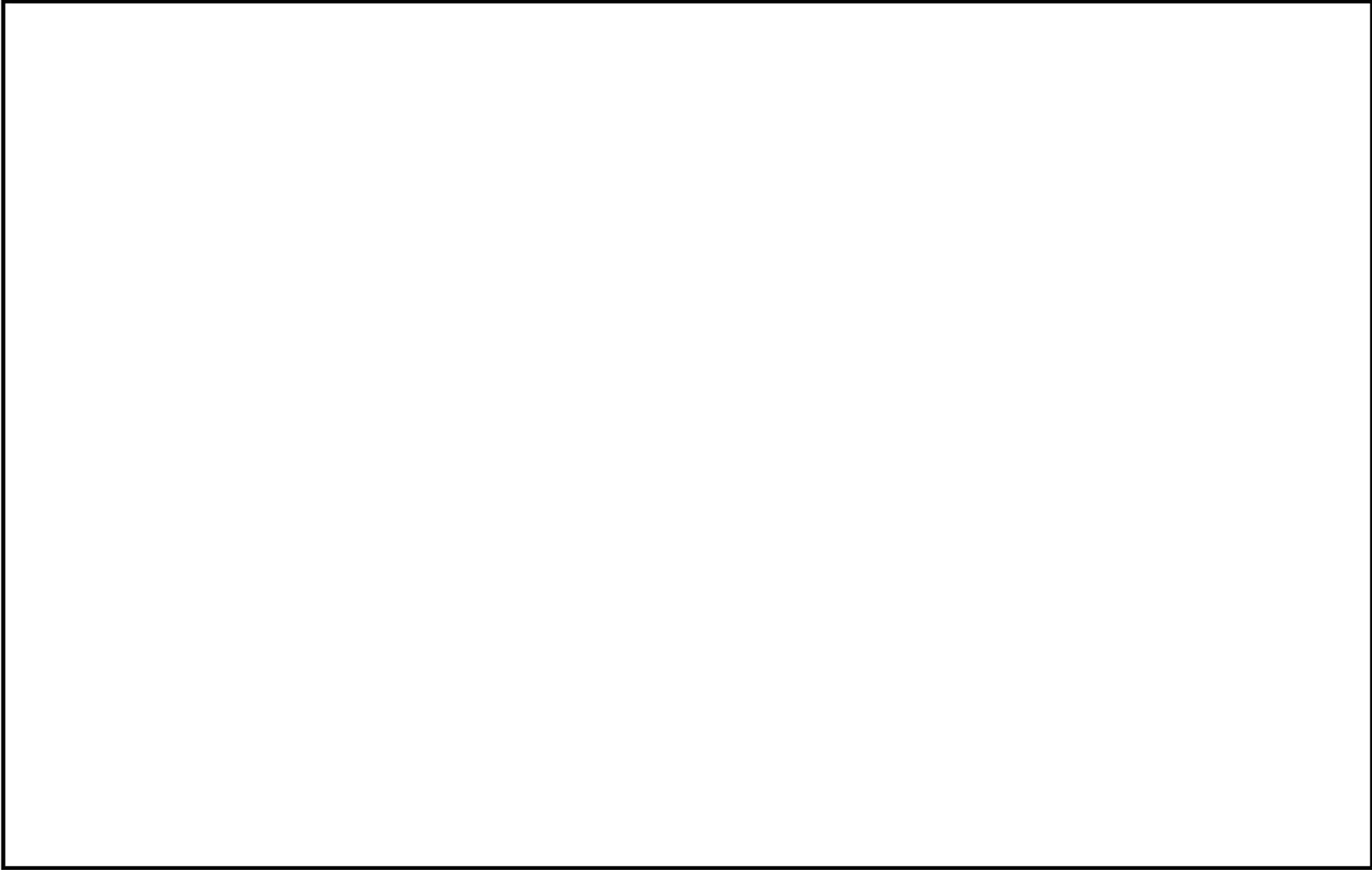
第 2.2-3 図 原子炉建屋廃棄物処理棟溢水経路（地上 2 階）



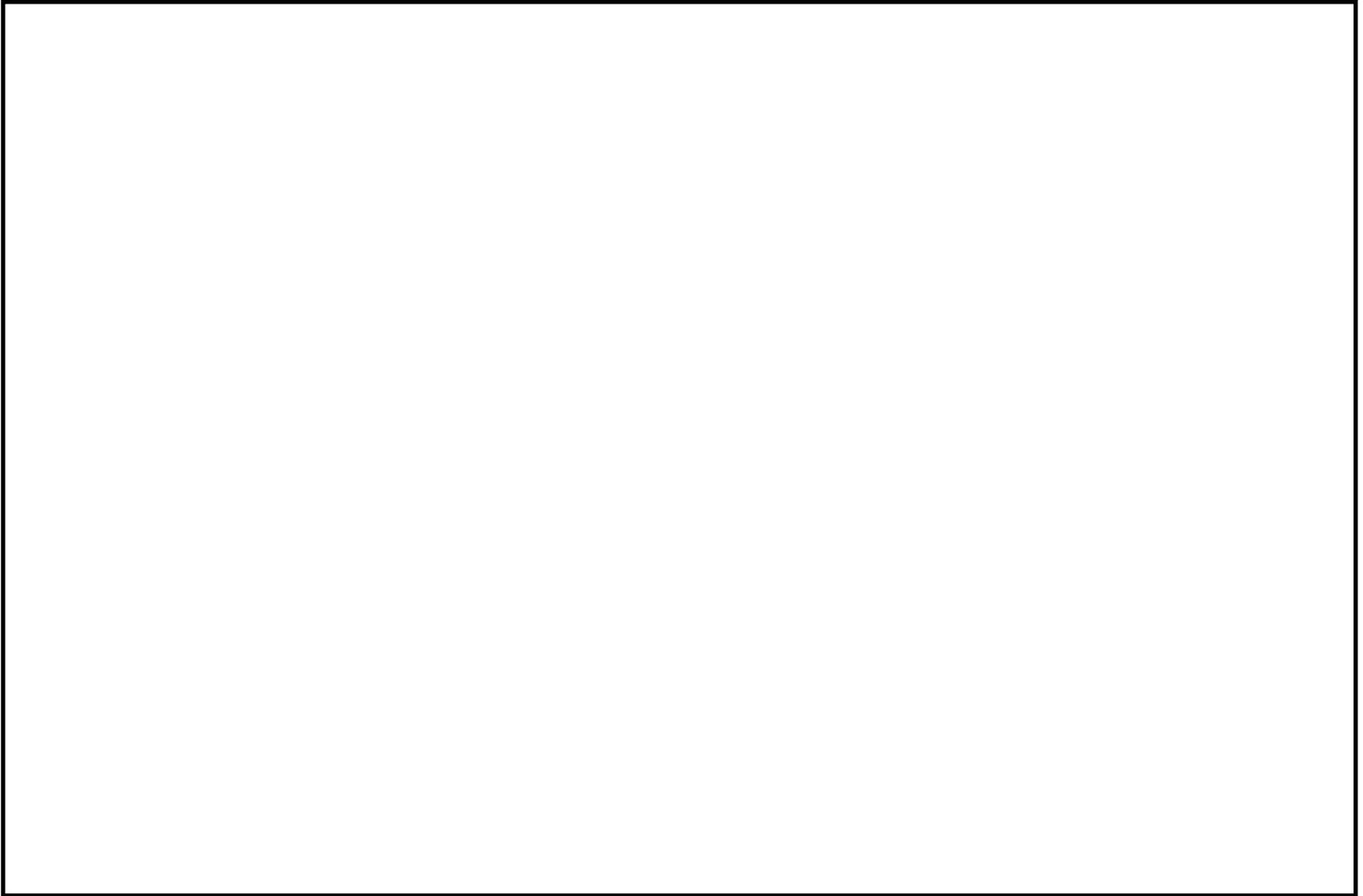
第 2.2-3 図 原子炉建屋廃棄物処理棟溢水経路（地上 1 階）



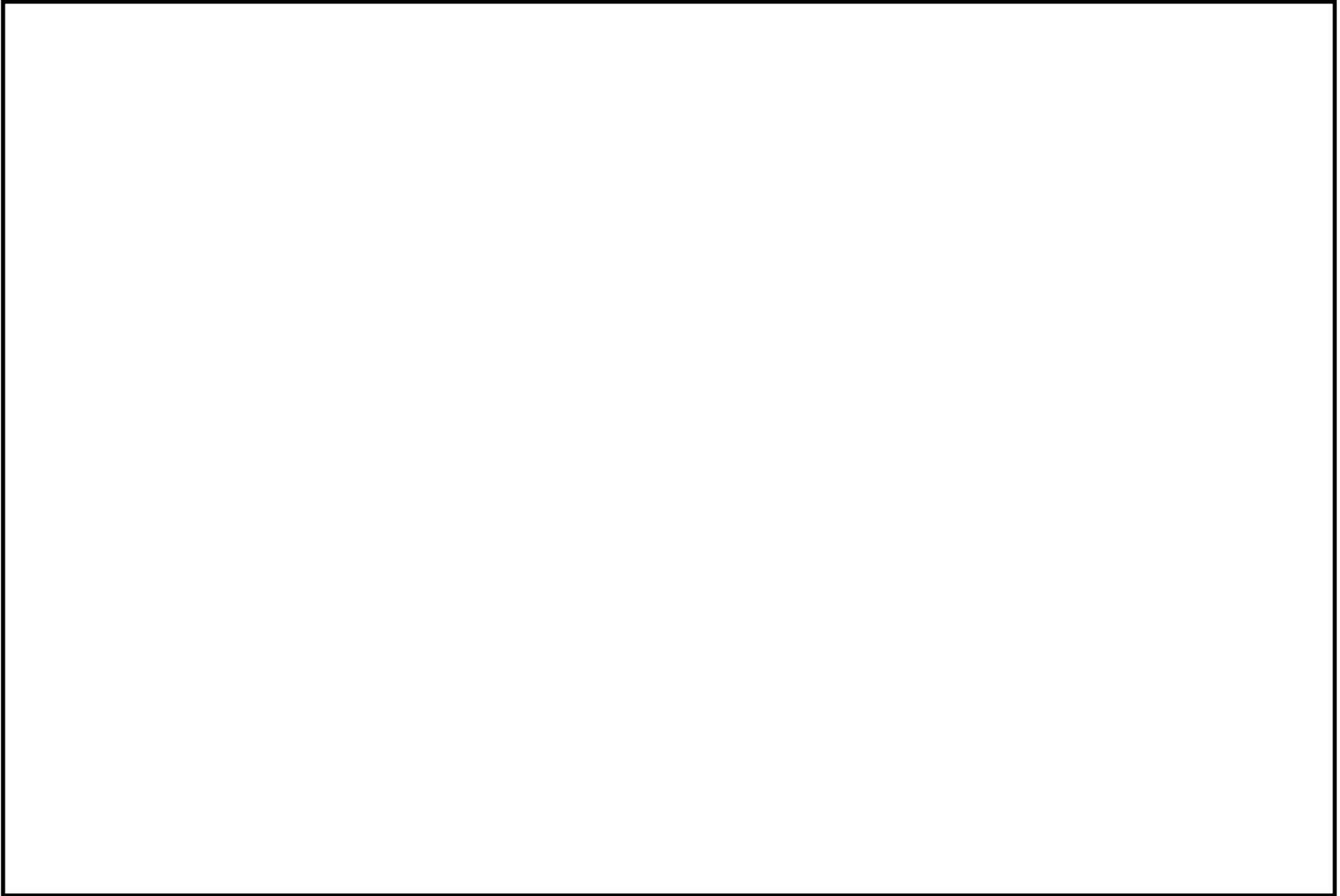
第 2.2-3 図 原子炉建屋廃棄物処理棟溢水経路（地下中 1 階）



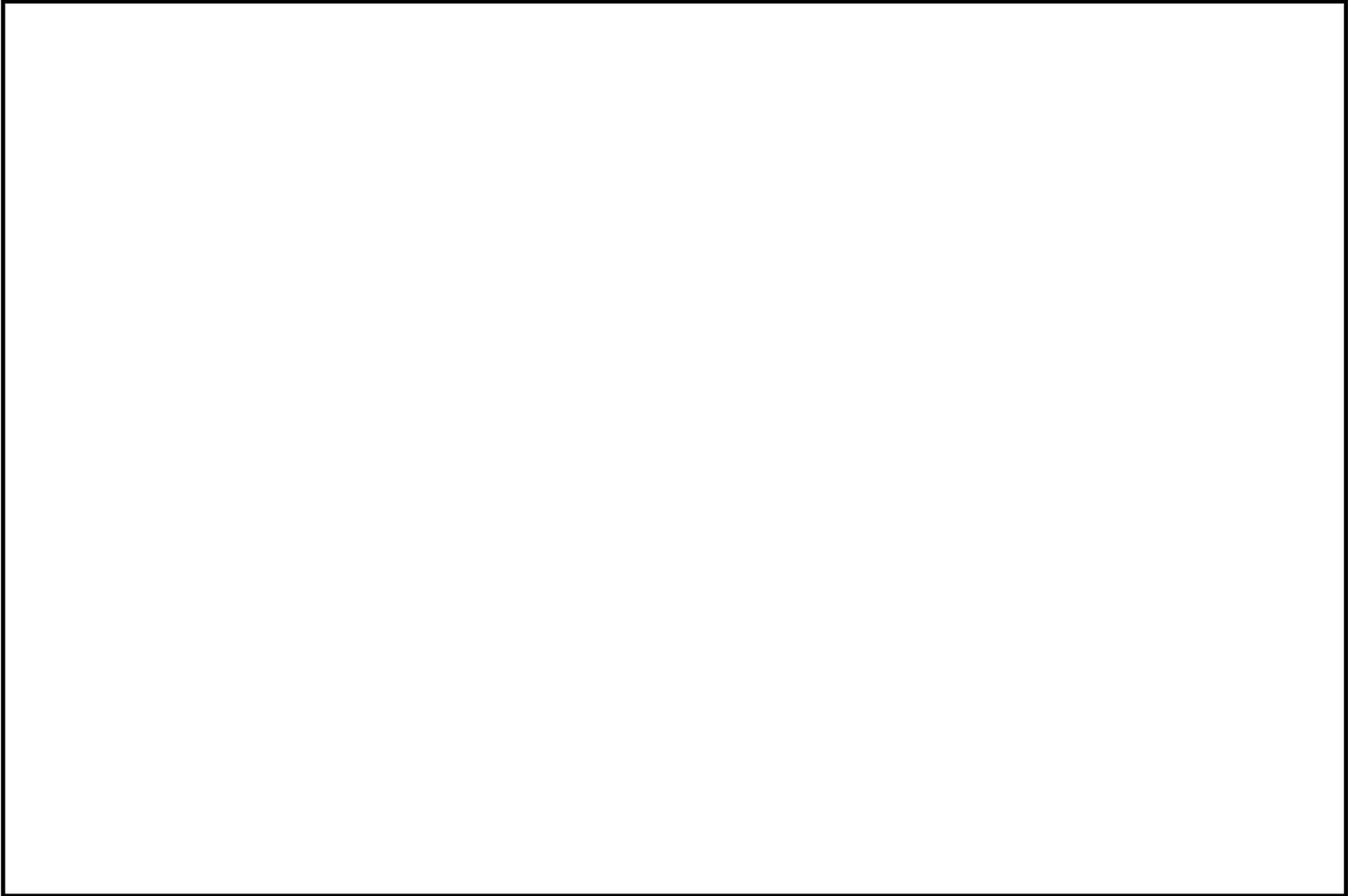
第 2.2-3 図 原子炉建屋廃棄物処理棟溢水経路（地下 1 階）



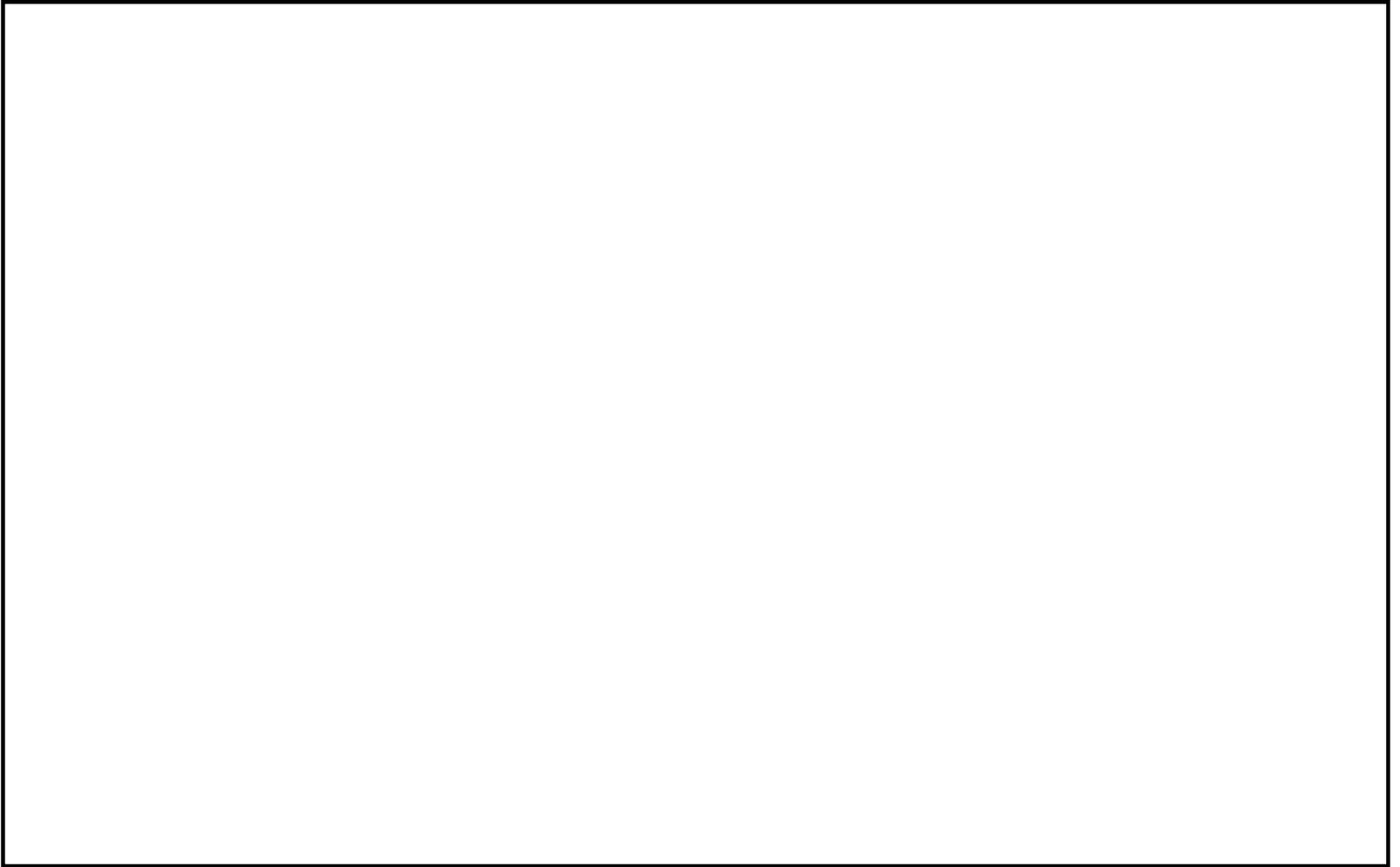
第 2.2-4 図 原子炉建屋付属棟溢水経路（屋上）



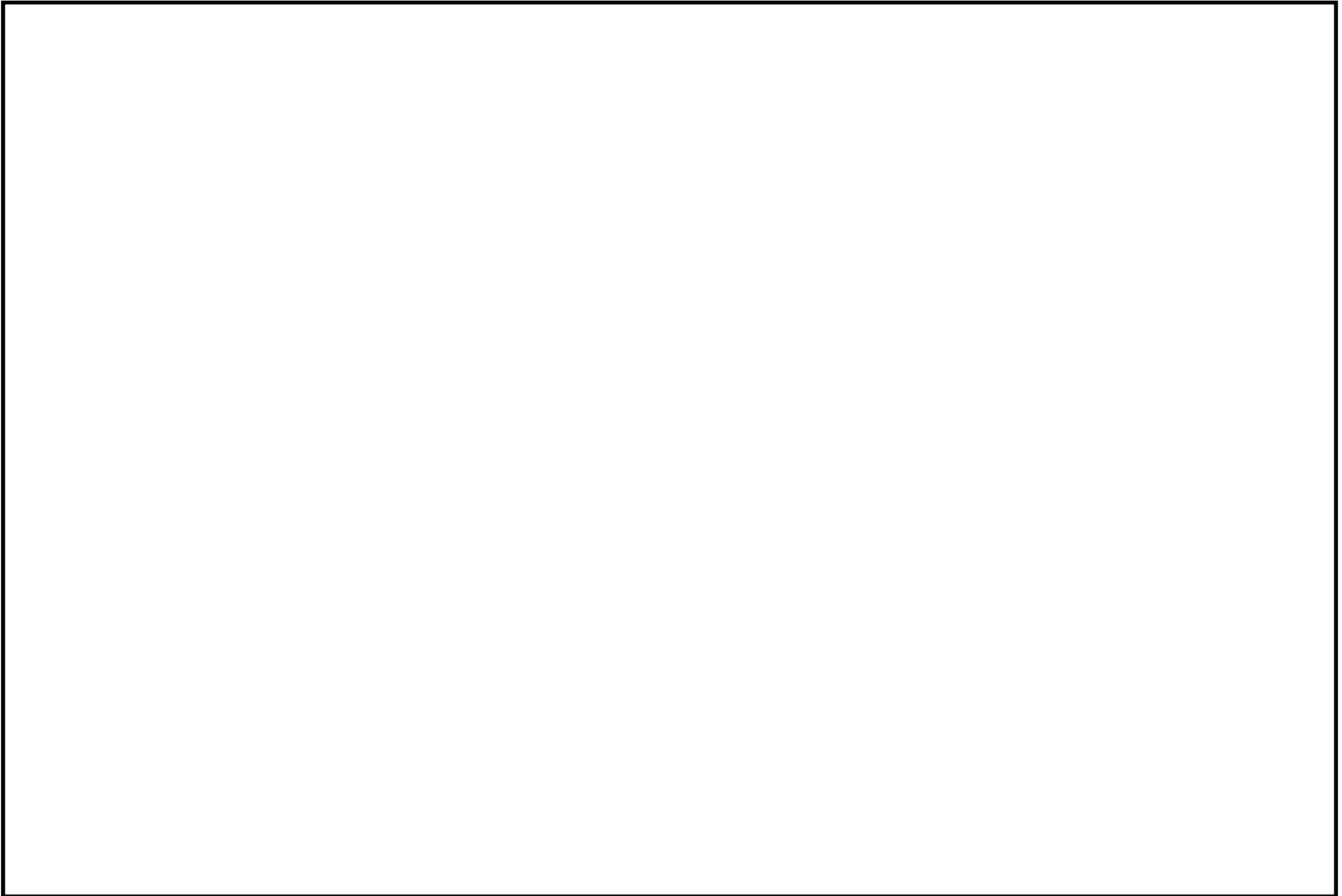
第 2.2-4 図 原子炉建屋付属棟溢水経路（地上 3 階）



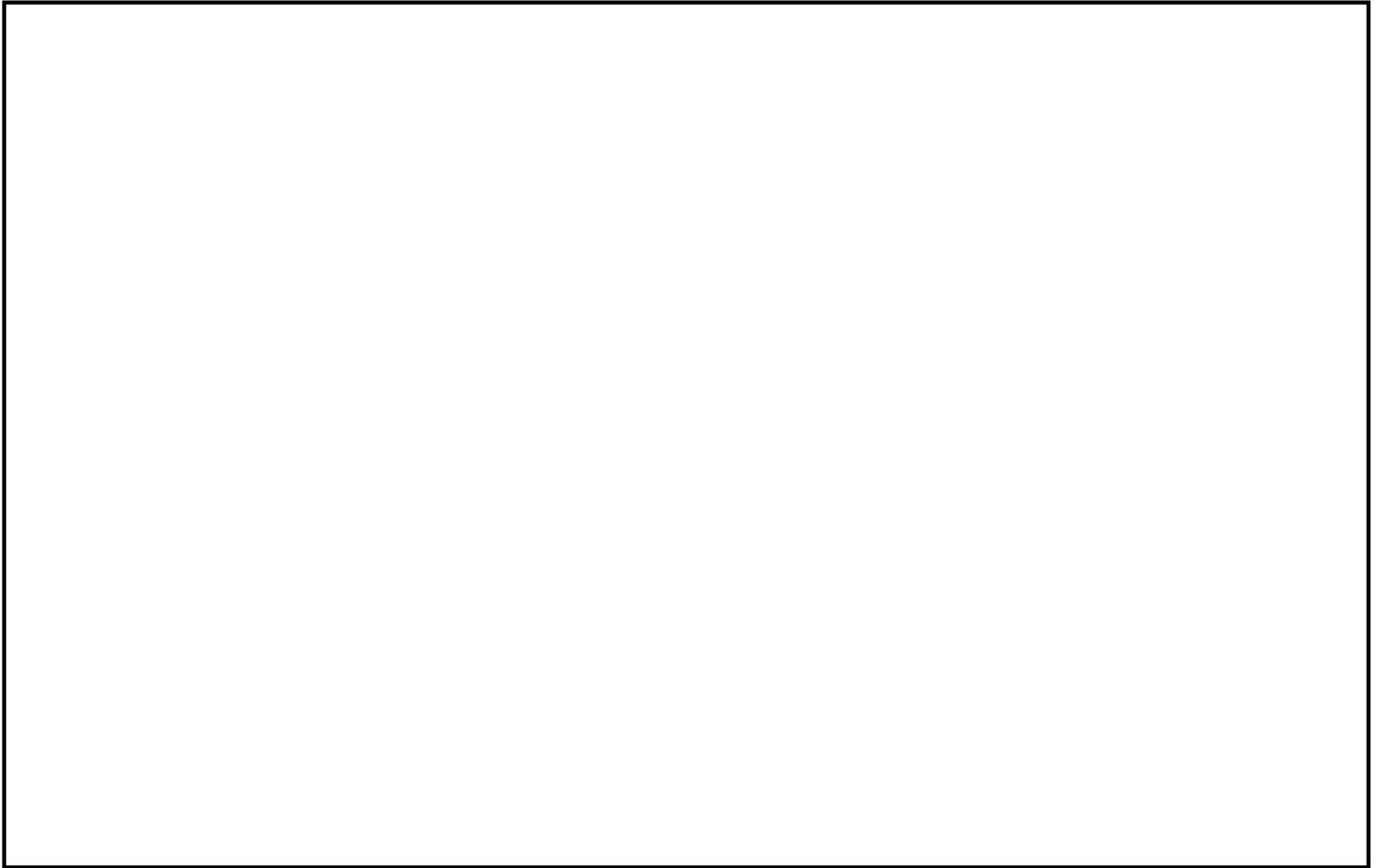
第 2.2-4 図 原子炉建屋付属棟溢水経路（地上 2 階）



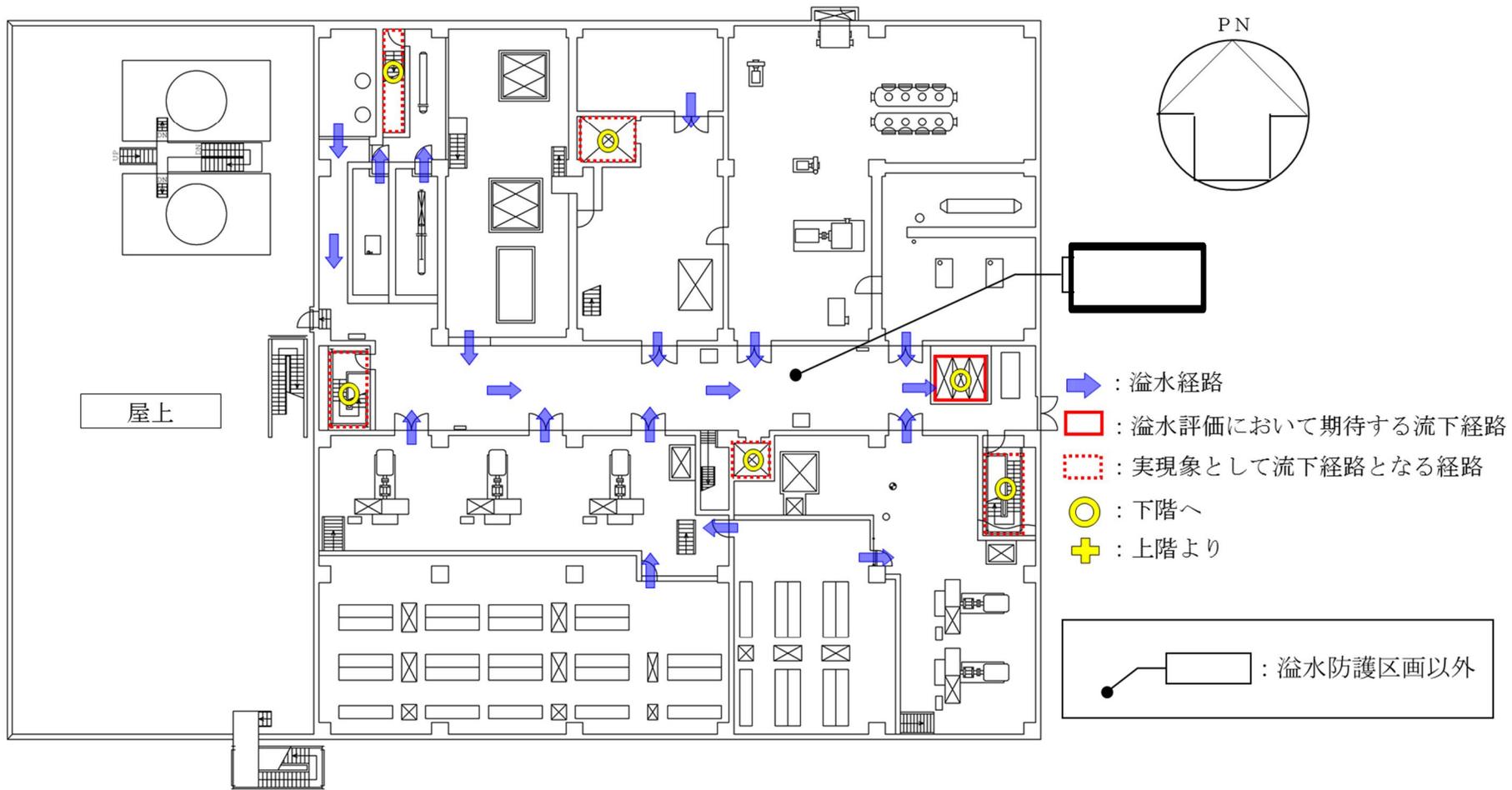
第 2.2-4 図 原子炉建屋付属棟溢水経路（地上 1 階）



第 2.2-4 図 原子炉建屋付属棟溢水経路（地下 1 階）

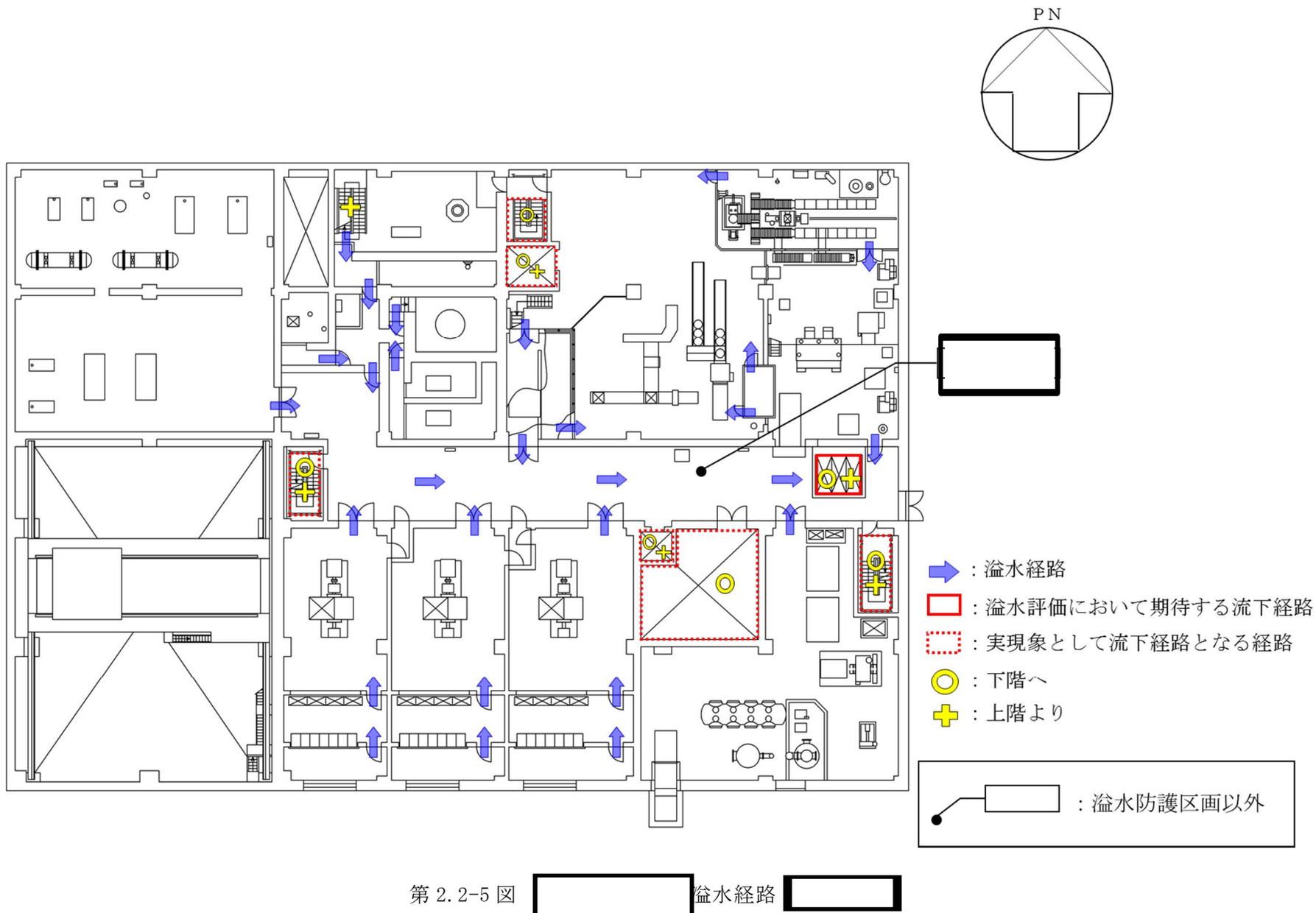


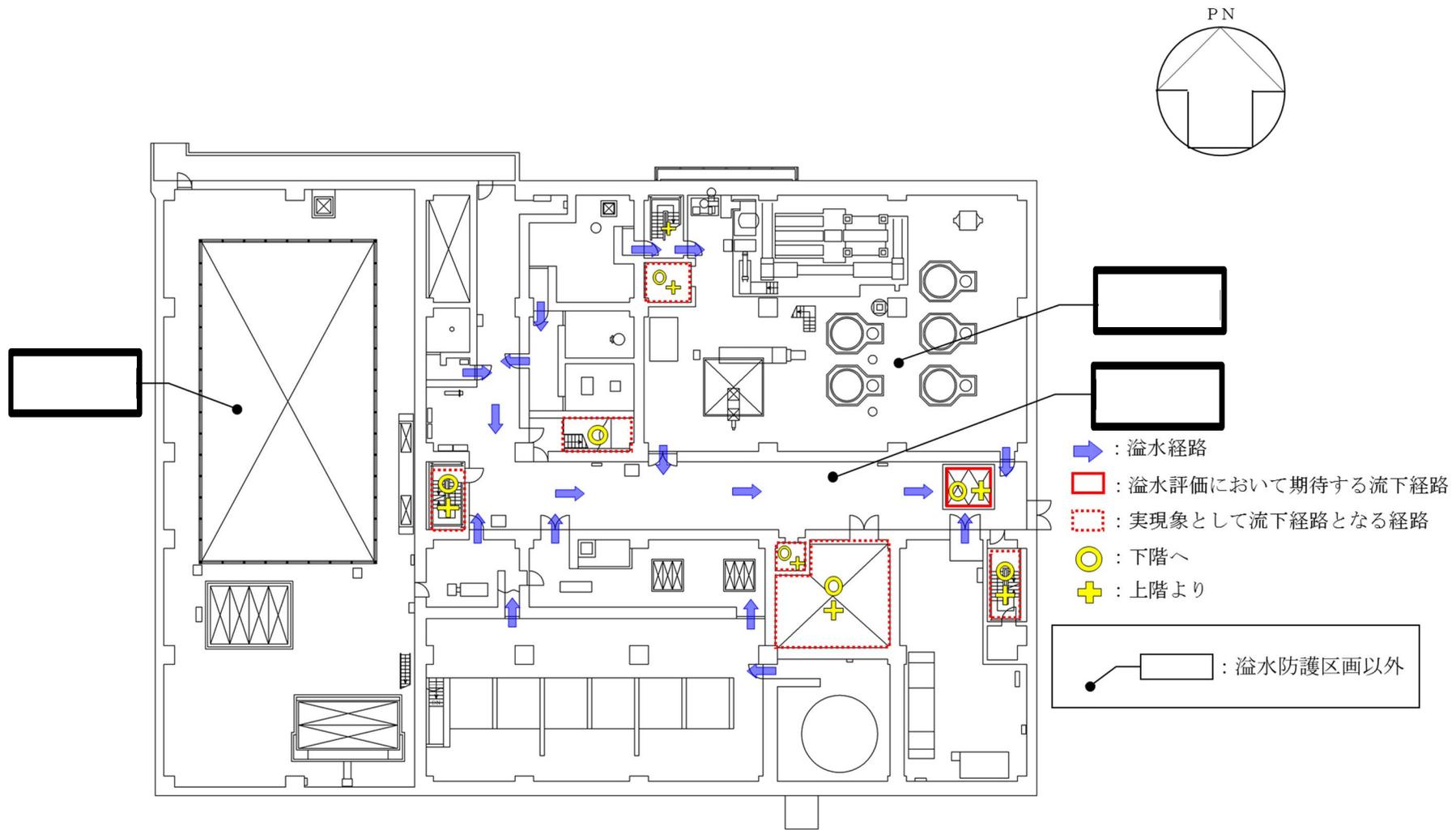
第 2.2-4 図 原子炉建屋付属棟溢水経路（地下 2 階）



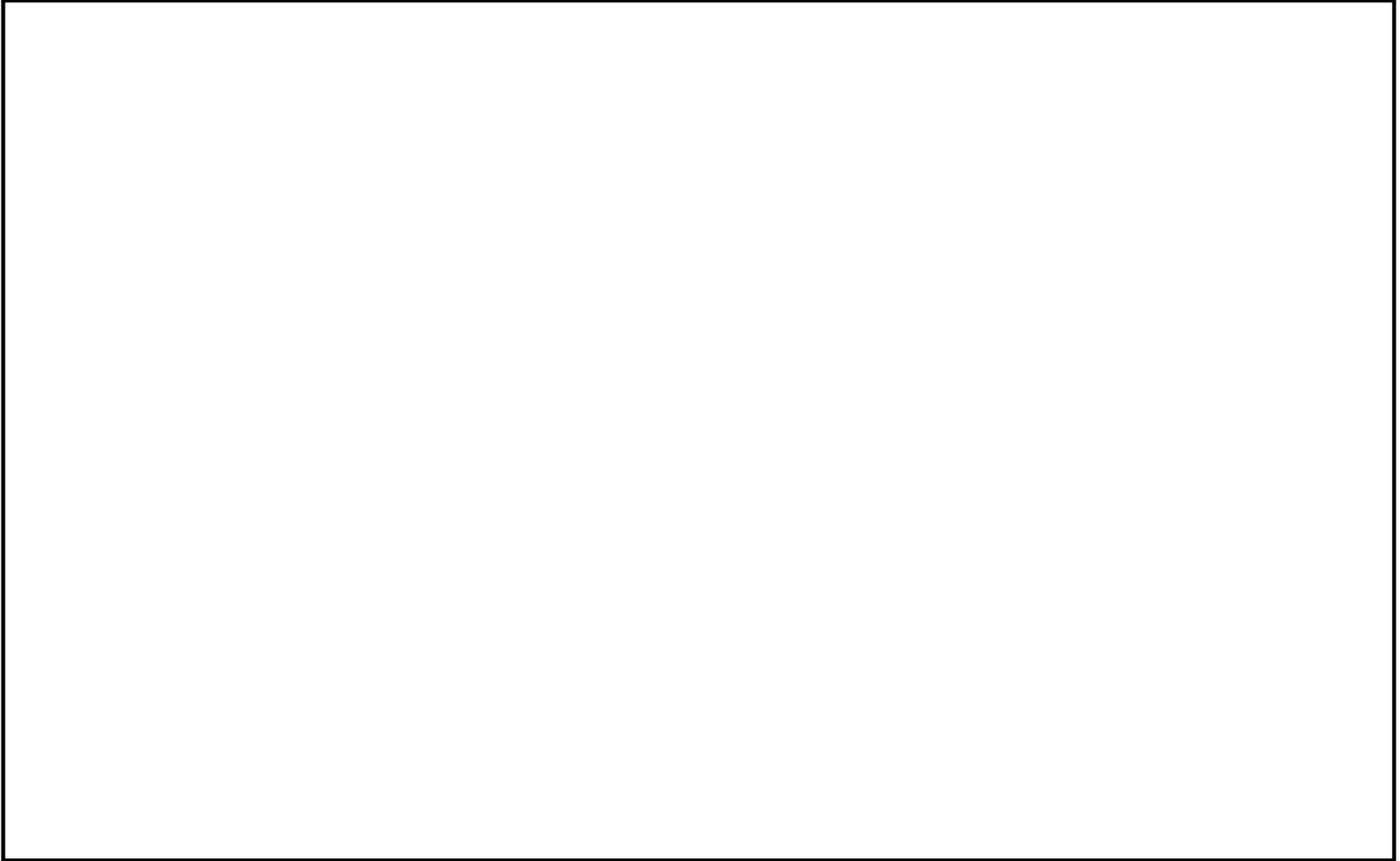
第 2.2-5 図

溢水経路

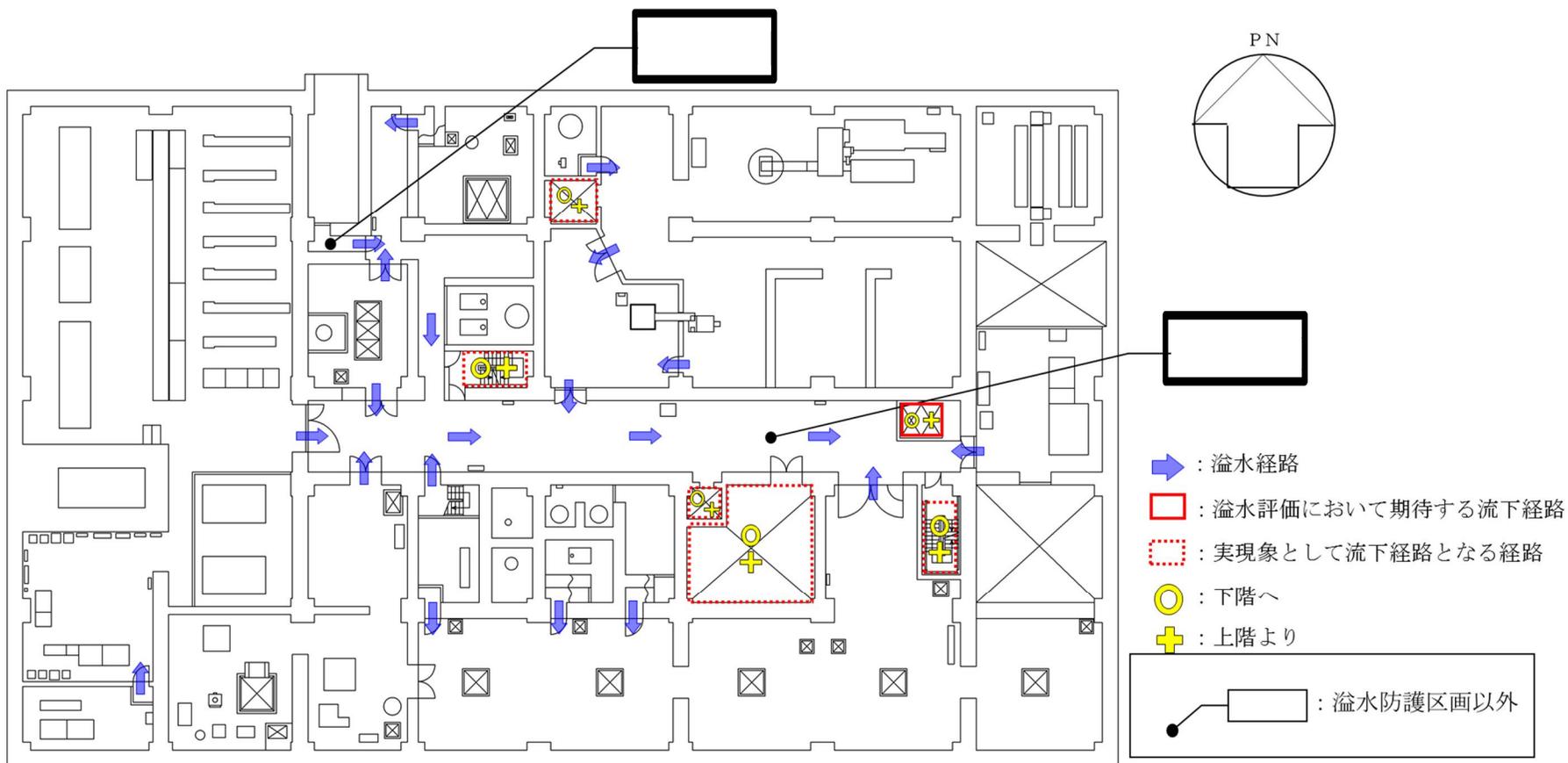




第 2.2-5 図 溢水経路

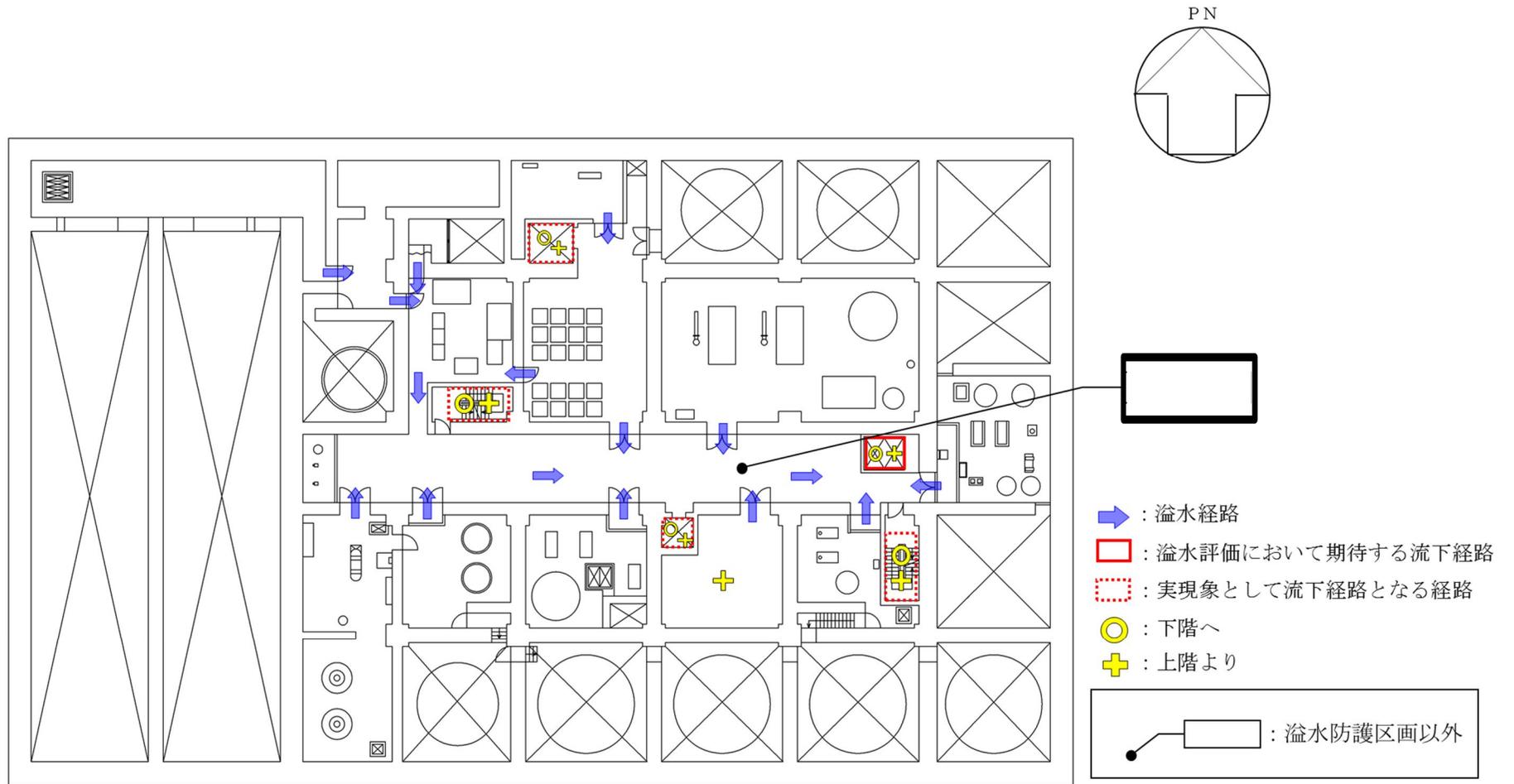


第 2.2-5 図 廃棄物処理建屋溢水経路（地上 1 階）



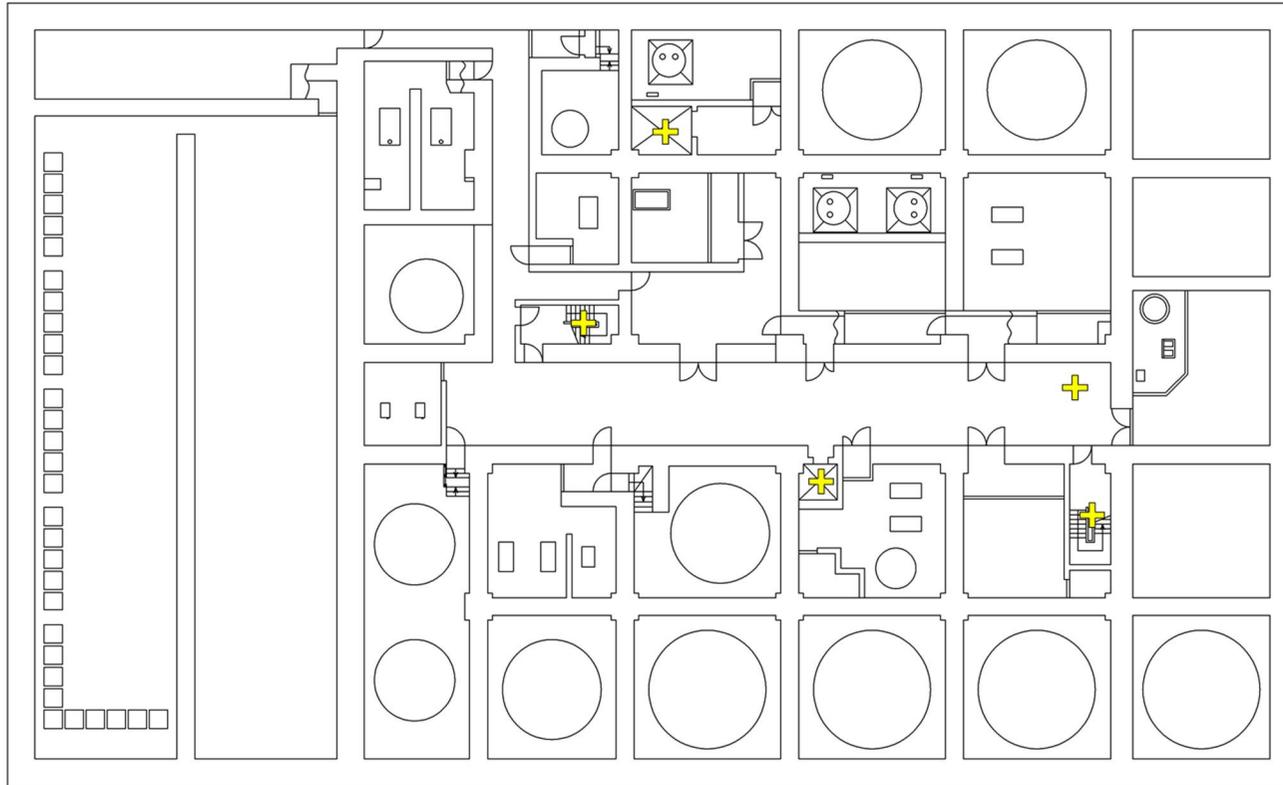
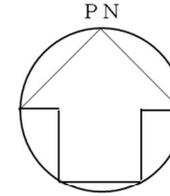
第 2.2-5 図

溢水経路



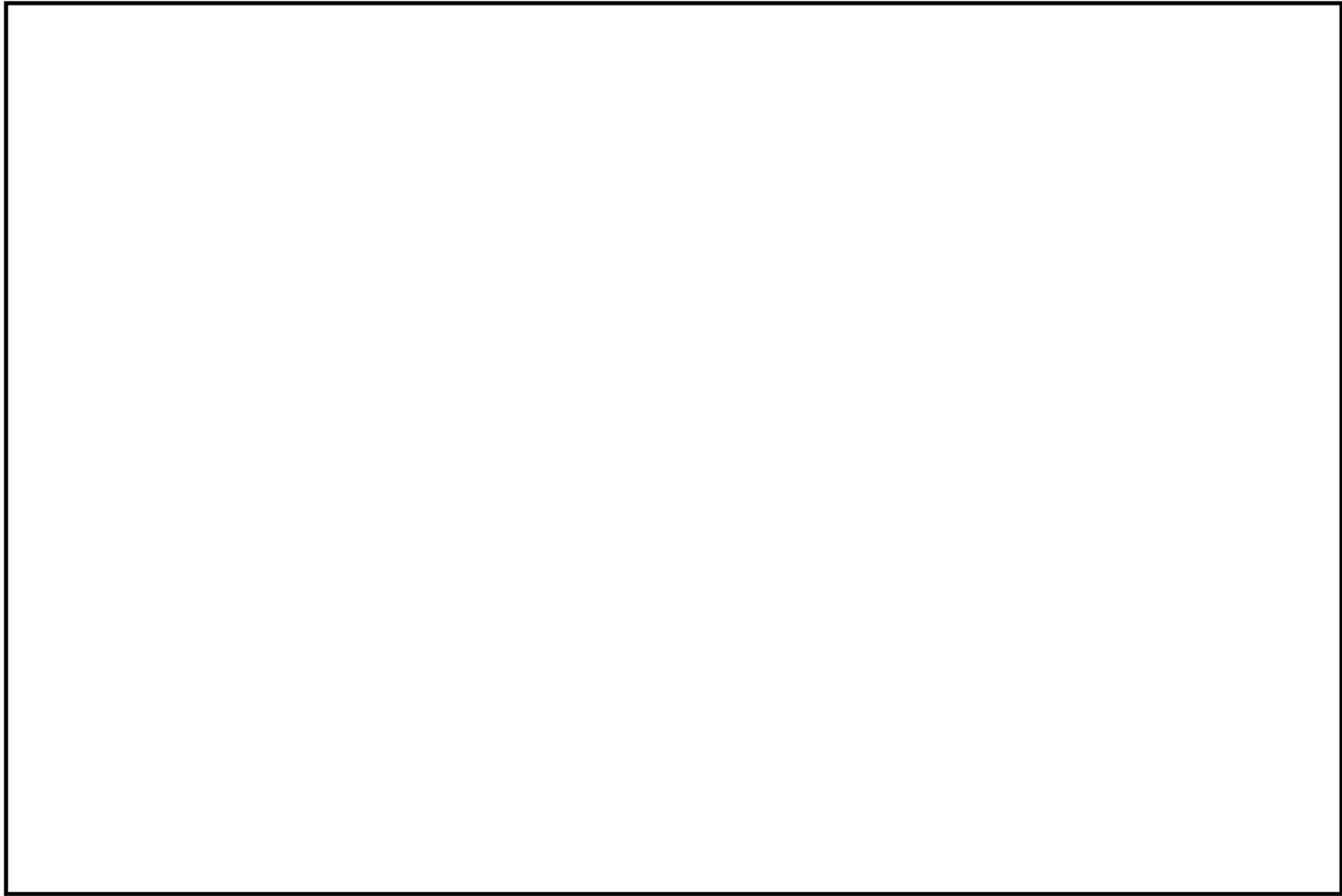
第 2.2-5 図 [] 溢水経路 []

溢水評価において区画番号の採番は不要



- ➡ : 溢水経路
- ▭ : 溢水評価において期待する流下経路
- ▭ (dashed) : 実現象として流下経路となる経路
- (yellow) : 下階へ
- ✚ (yellow) : 上階より
- ▭ (with line) : 溢水防護区画以外

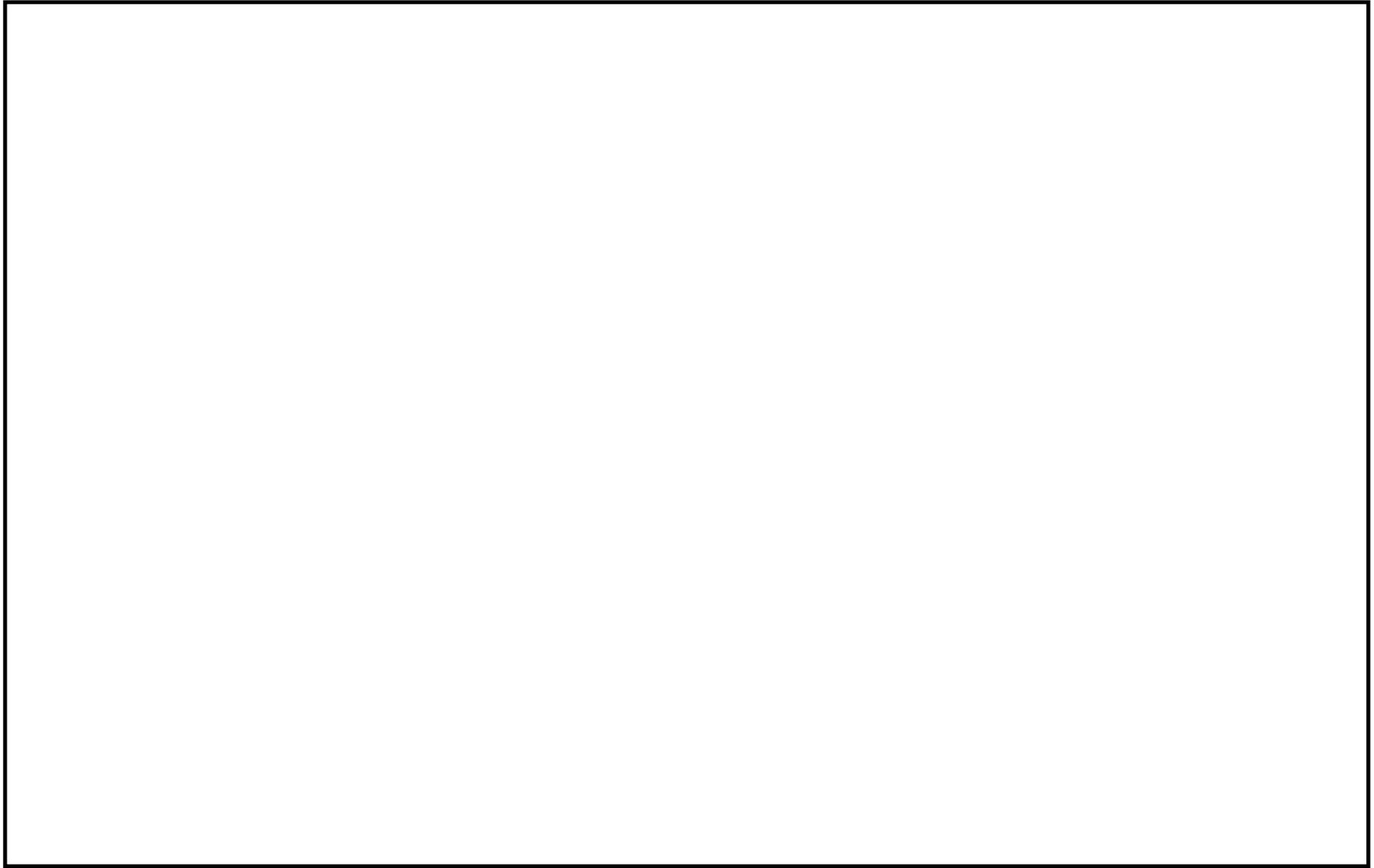
第 2.2-5 図 溢水経路



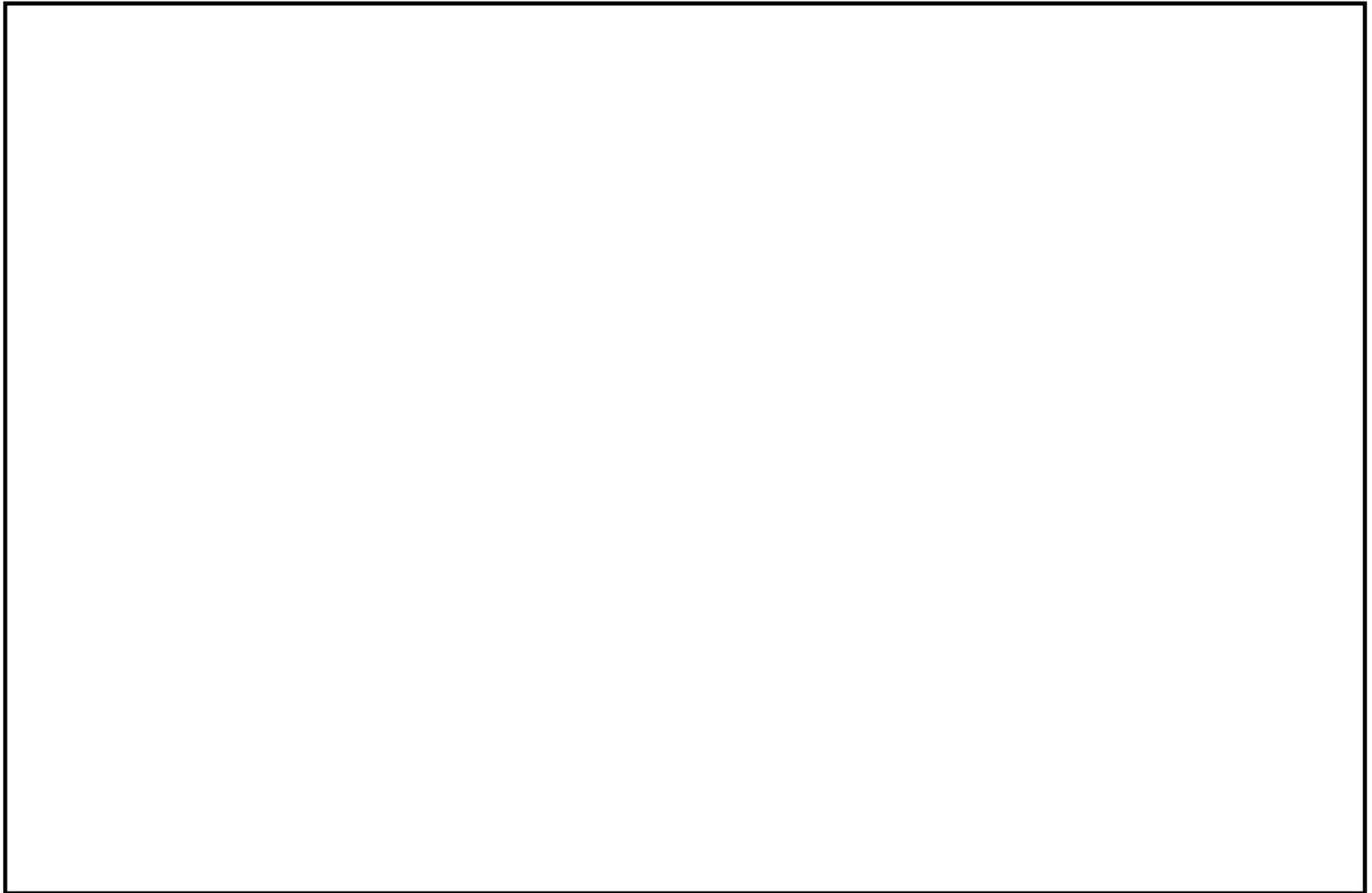
第 2.2-6 図 タービン建屋溢水経路（地上 2 階）



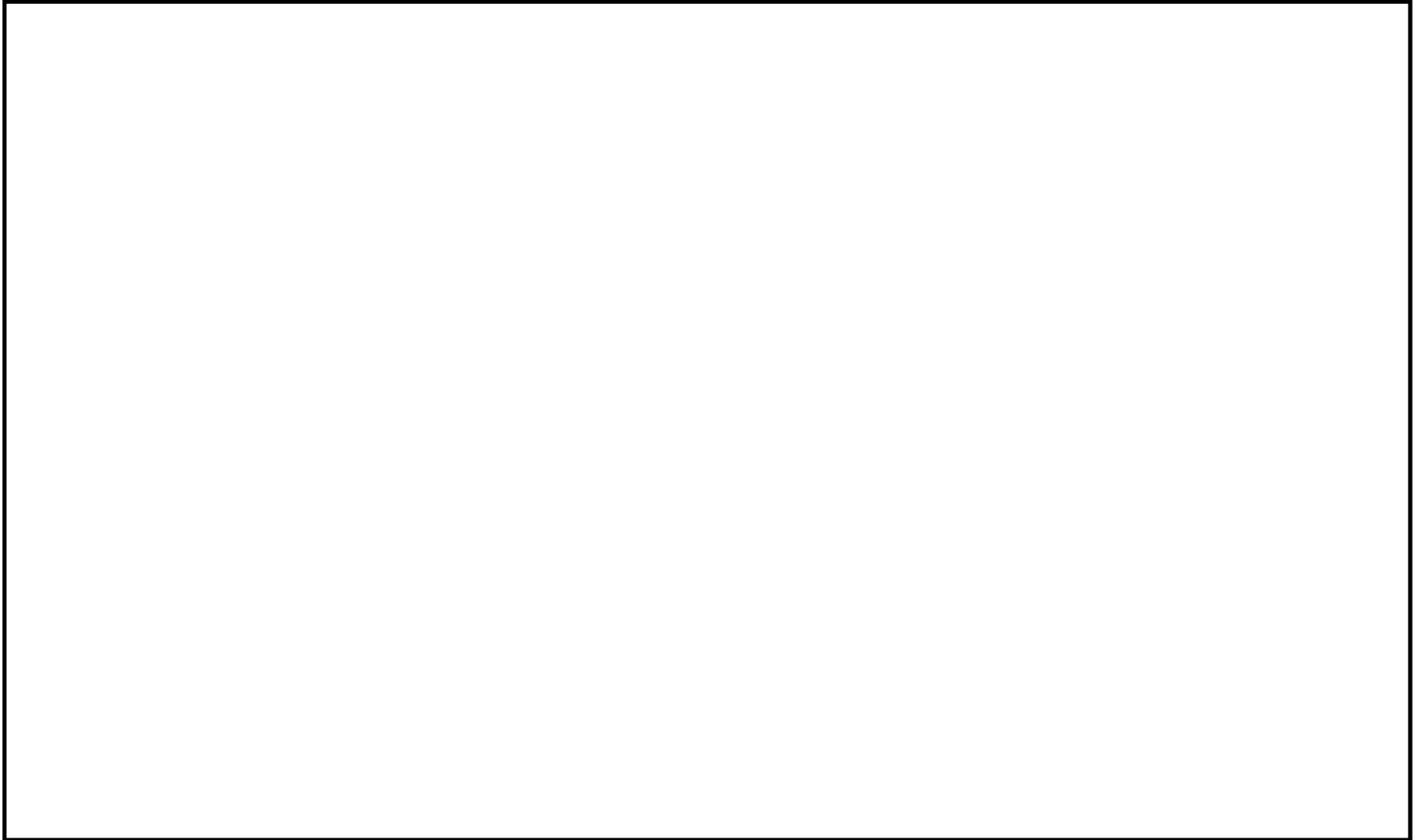
第 2.2-6 図 タービン建屋溢水経路（地上 1 階）



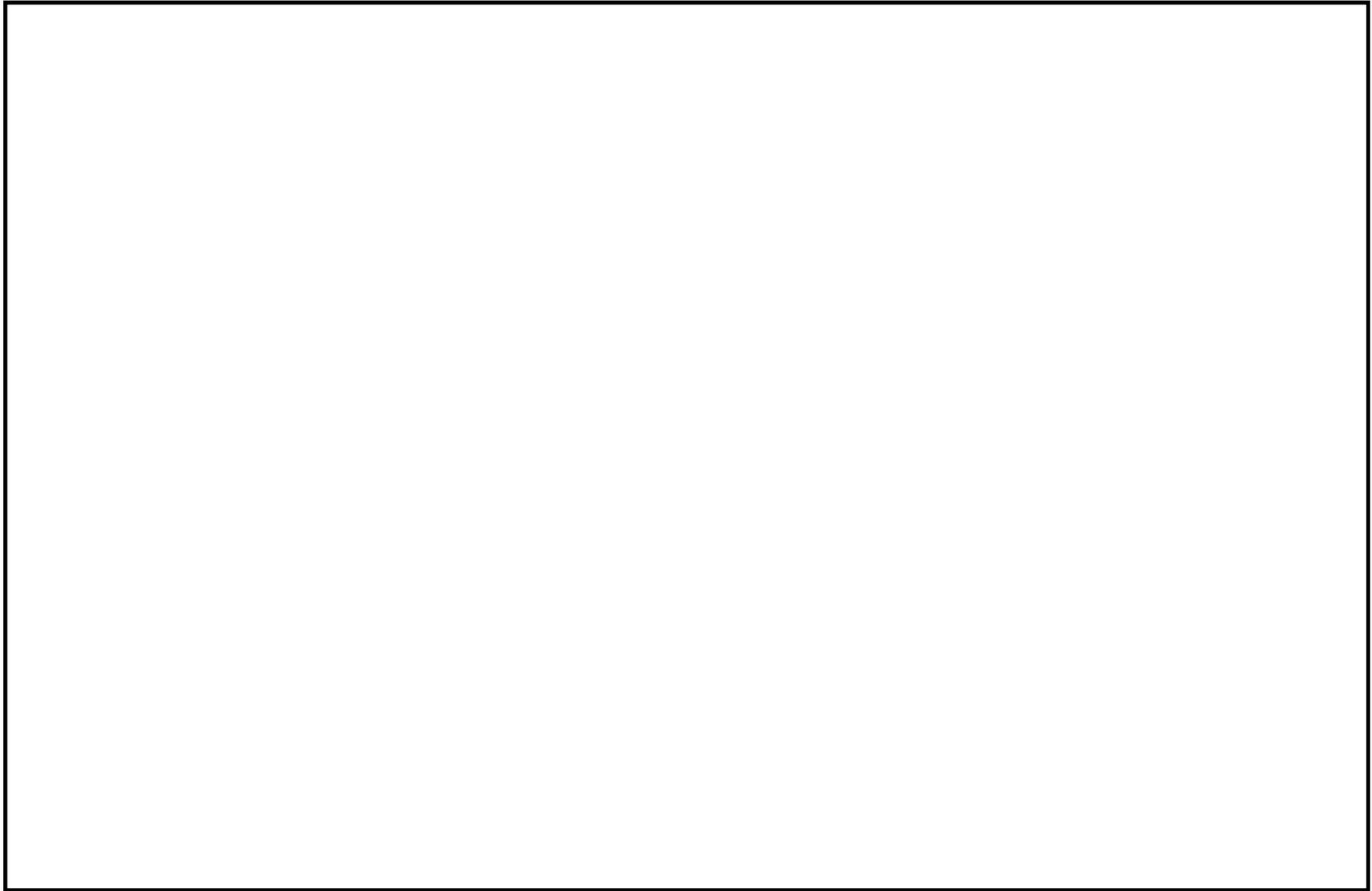
第 2.2-6 図 タービン建屋溢水経路（地下 1 階）



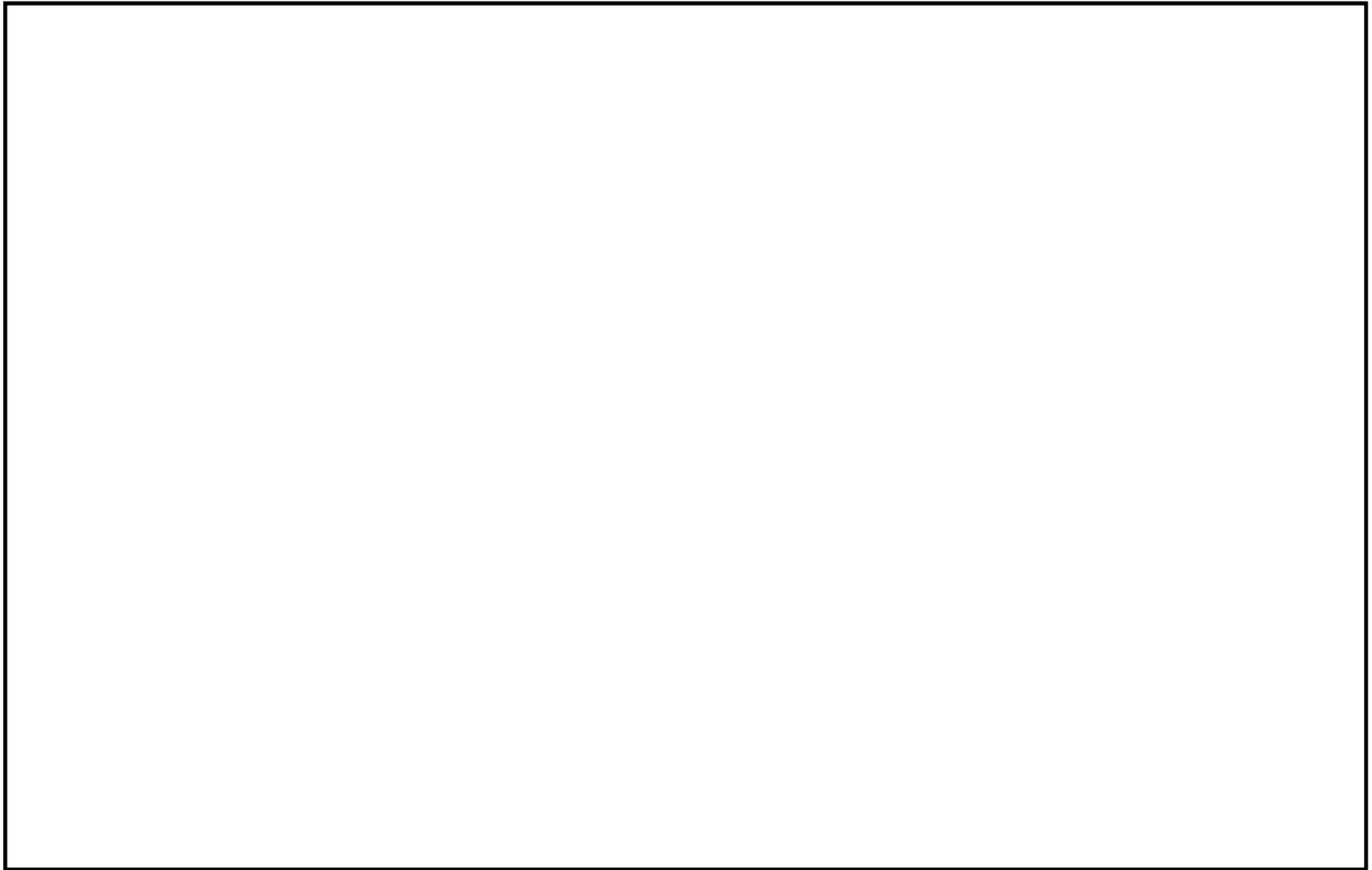
第 2.2-6 図 タービン建屋溢水経路（地下 2 階）



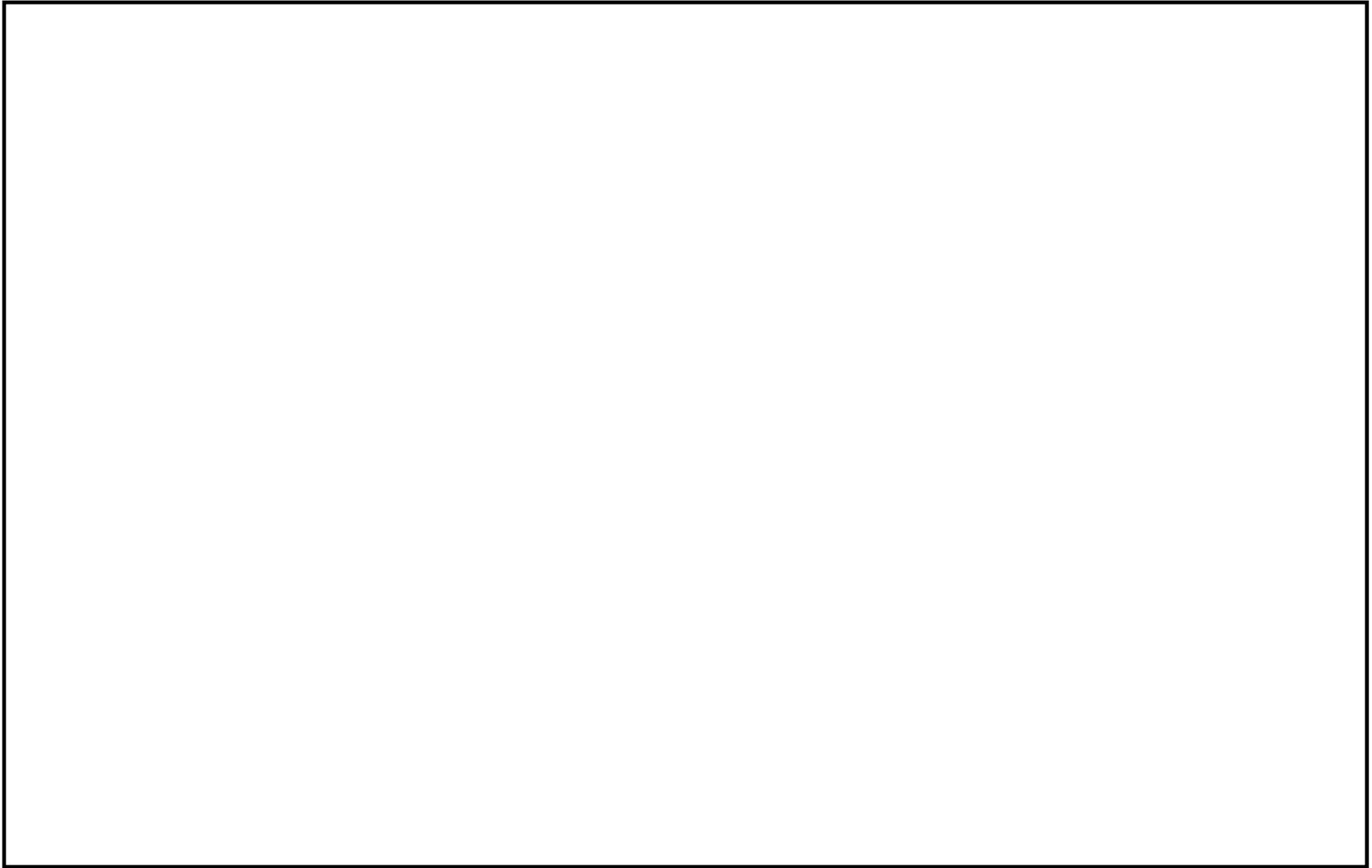
第 2.2-7 図 海水ポンプ室



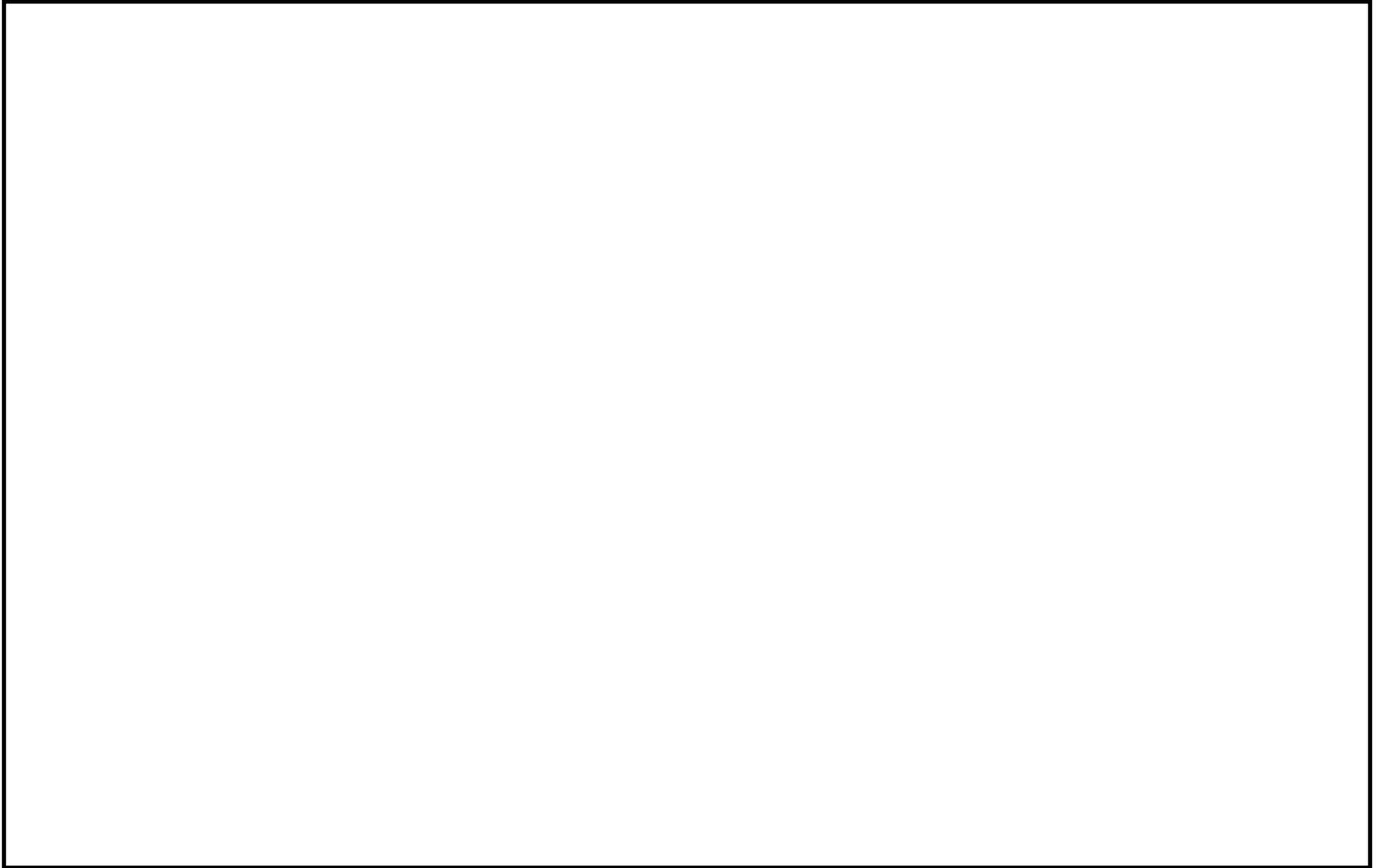
第 2.2-8 図 常設代替高圧電源装置置場，カルバート及び立坑部 溢水経路（地上 1 階）



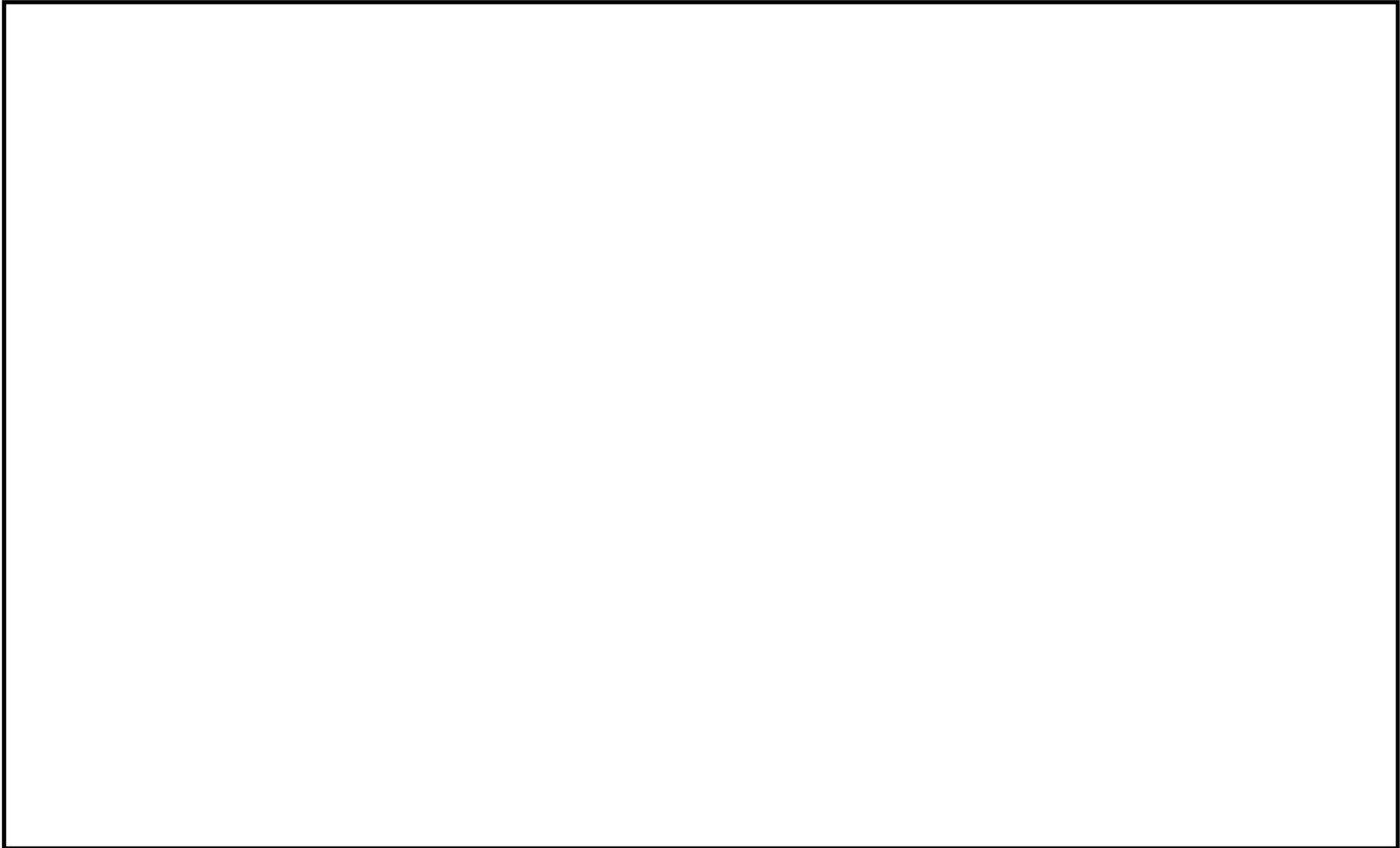
第 2.2-8 図 常設代替高圧電源装置置場，カルバート及び立坑部 溢水経路（地下 1 階上部）



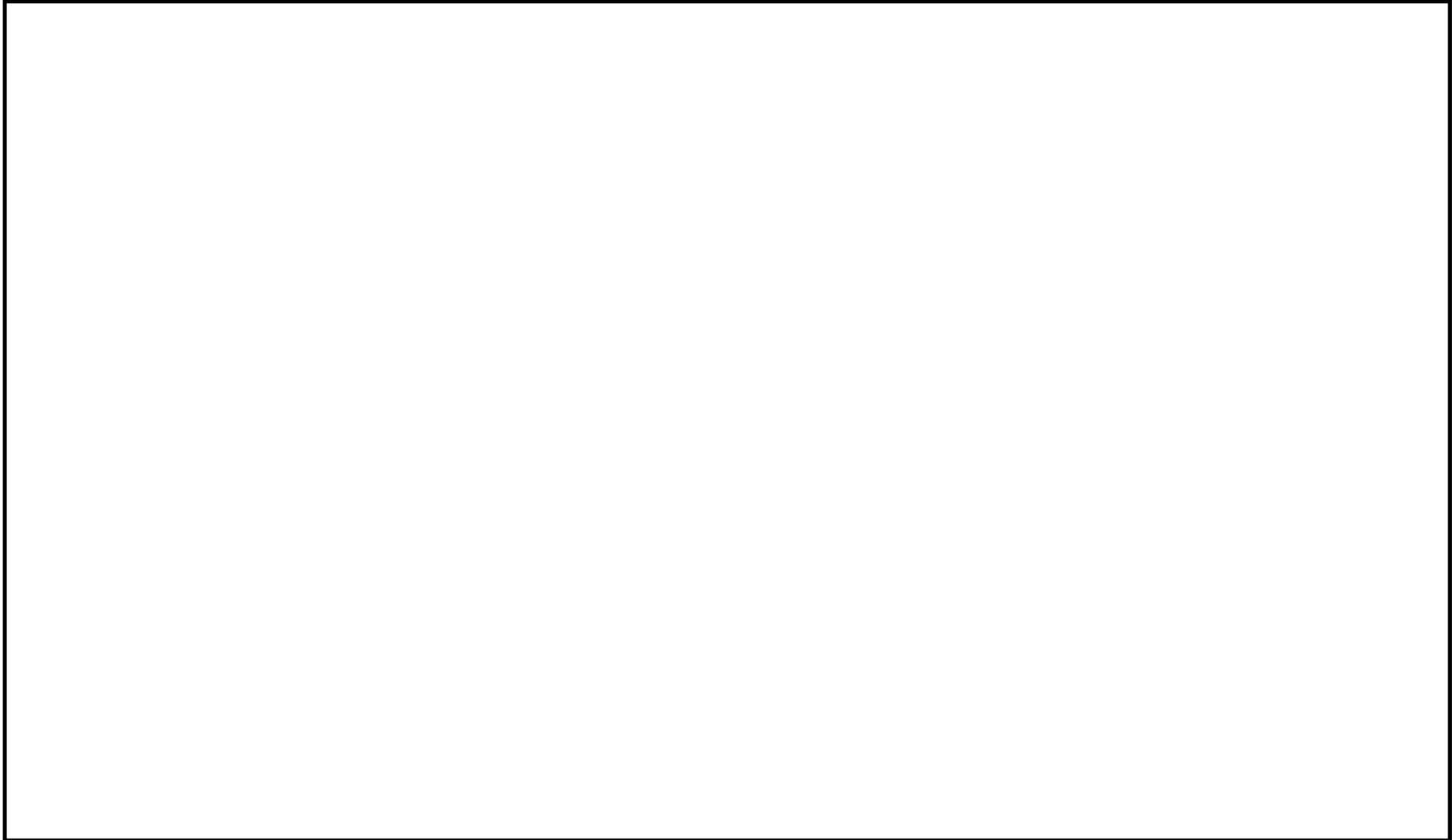
第 2.2-8 図 常設代替高圧電源装置置場，カルバート及び立坑部 溢水経路（地下 1 下部）



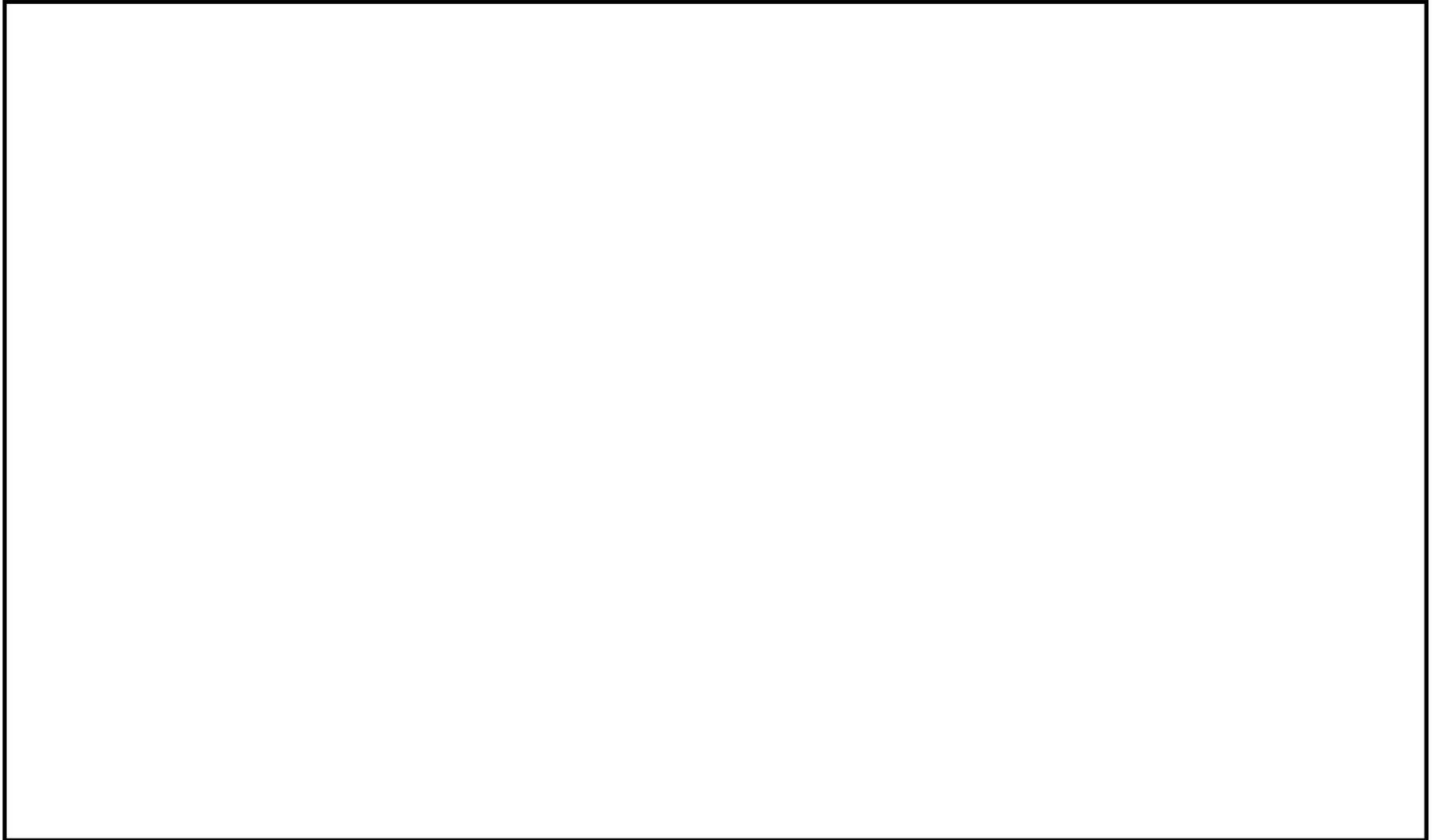
第 2.2-8 図 常設代替高圧電源装置置場，カルバート及び立坑部 溢水経路（地下 2 階）



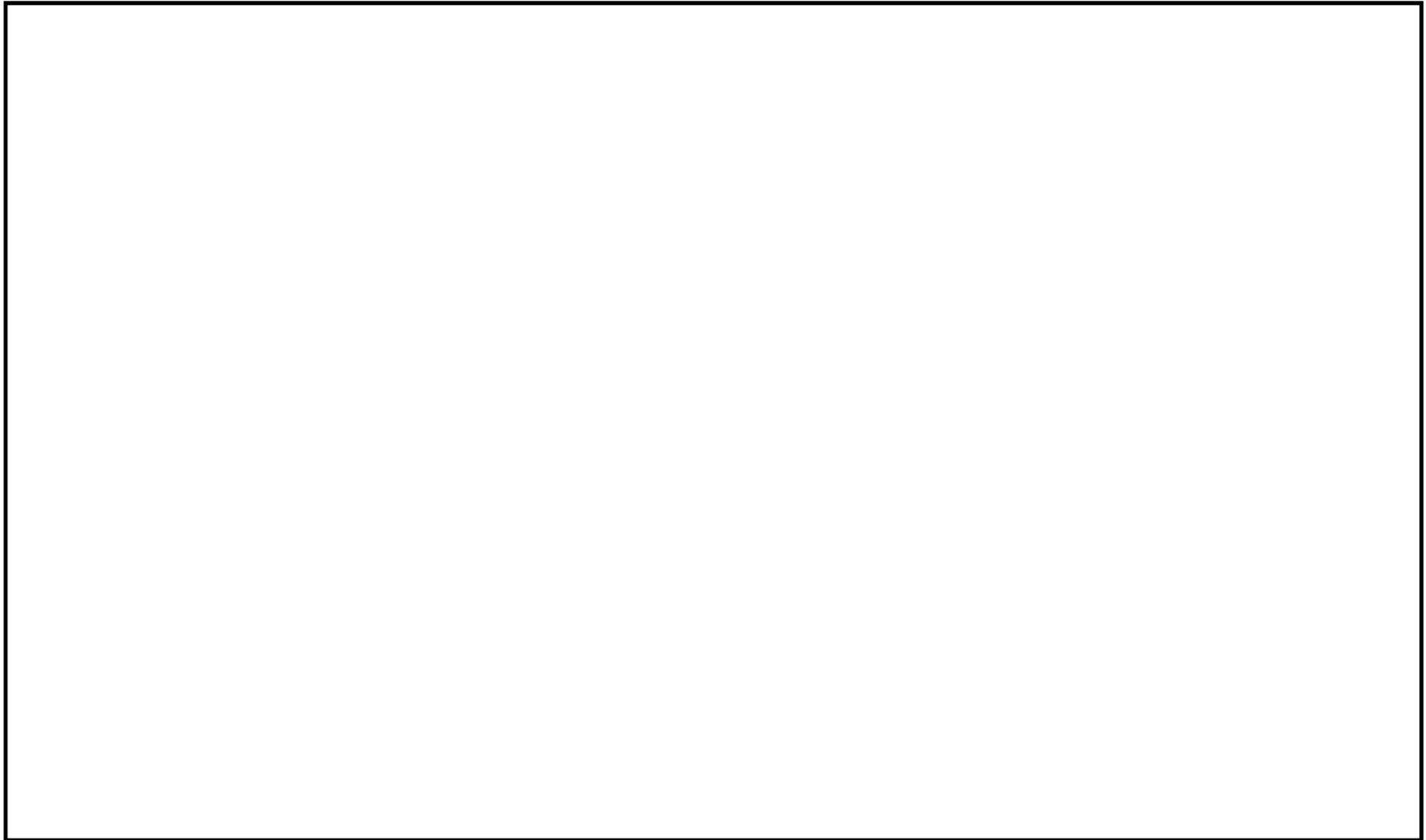
第 2.2-8 図 常設代替高圧電源装置置場，カルバート及び立坑部 溢水経路（地下 3 階）



第 2.2-8 図 常設代替高圧電源装置置場，カルバート及び立坑部 溢水経路（地下 4 階）



第 2.2-8 図 常設代替高圧電源装置置場，カルバート及び立坑部 溢水経路（カルバート部）



第 2.2-8 図 常設代替高圧電源装置置場，カルバート及び立坑部 溢水経路（立坑部）

2.3 想定破損による没水影響評価について

想定破損による没水影響評価では、想定破損により生じる溢水に対して、全ての溢水が発生する区画を起点とした評価を実施する。算定した溢水水位と当該区画内の防護すべき設備の機能喪失高さを比較し、設備毎に機能喪失判定を行い、この結果より要求される機能への影響を評価し、設計基準対象設備については、原子炉の停止機能、冷却機能及び放射性物質の閉じ込め機能が維持されること、使用済燃料プールの冷却機能及び給水機能が維持されること、重大事故等対処設備については設計基準対象設備又は同様の機能を有する重大事故等対処設備と同時に機能を喪失しないことを確認する。

以下に設計基準対象設備に対する評価結果の代表例を示す。

なお、火災防護対策の耐火壁により安全機能は東西で区分分離されており、また区分分離された区画境界は止水性を有する設計としている。このため、代表例としては、流下経路の異なる安全区分毎に、最も溢水量の大きいケースを選定する。

2.3.1 ケース1

○溢水発生区画

: 原子炉建屋 1階 通路 (RB-1-1)

○溢水源

: RB-1-1 内に敷設されている全溢水源とそれらの溢水量を以下第 2.3-1 表にまとめる。
これより最も溢水量の大きい残留熱除去系を溢水源として設定する。

第 2.3-1 表 対象区画の溢水想定

考慮すべき溢水源	溢水量(m ³)	代表溢水源
屋内消火系	92	—
低圧炉心スプレイ系	300	—
原子炉隔離時冷却系	288	—
残留熱除去系	382	○
原子炉補機冷却系	298	—
復水・純水移送系	325	—

2.3.2 ケース2

○溢水発生区画

: 原子炉建屋 4階 (RB-4-1)

○溢水源

: RB-4-1 内に敷設されている全溢水源とそれらの溢水量を以下第 2.3-2 表にまとめる。
これより最も溢水量の大きい原子炉補機冷却系を溢水源として設定する。

第 2.3-2 表 対象区画の溢水想定

考慮すべき溢水源	溢水量(m ³)	代表溢水源
原子炉補機冷却系	298	○
燃料プール冷却浄化系	83	—
原子炉隔離時冷却系	288	—
残留熱除去系	190	—
屋内消火系	33	—
復水・純水移送系	144	—

2.3.3 ケース3

○溢水発生区画

: 原子炉建屋 地下2階 (RB-B2-3)

○溢水源

: RB-B2-3 内に敷設されている全溢水源とそれらの溢水量を以下第 2.3-3 表にまとめる。これより最も溢水量の大きい残留熱除去系を溢水源として設定する。

第 2.3-3 表 対象区画の溢水想定

考慮すべき溢水源	溢水量(m ³)	代表溢水源
屋内消火系	92	—
残留熱除去海水系	272	—
高圧炉心スプレイ系	378	—
残留熱除去系	382	○
復水・純水移送系	325	—

2.3.4 ケース4

○溢水発生区画

: 原子炉建屋 5階 (RB-5-6)

○溢水源

: RB-5-6 内に敷設されている全溢水源とそれらの溢水量を以下第 2.3-4 表にまとめる。これより最も溢水量の大きい復水・純水移送系を溢水源として設定する。

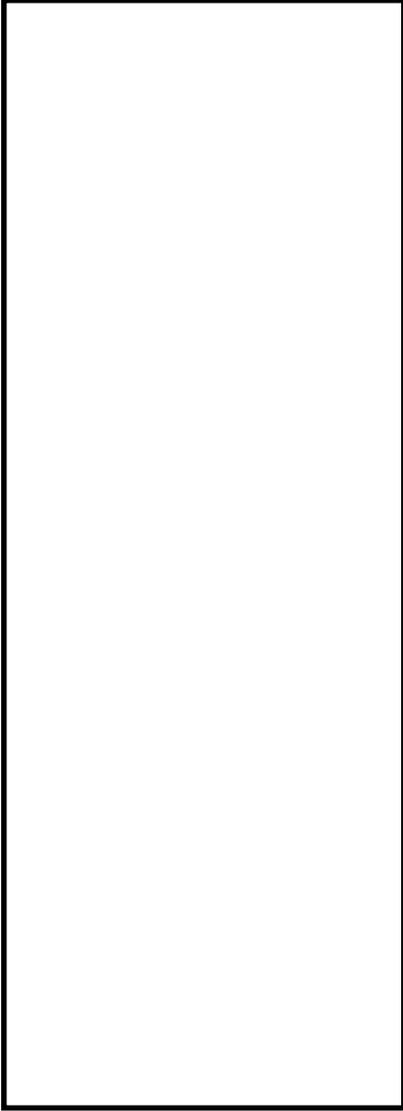
第 2.3-4 表 対象区画の溢水想定

考慮すべき溢水源	溢水量(m ³)	代表溢水源
復水・純水移送系	133	○
原子炉冷却材浄化系	54	—

2.3.5 溢水伝播評価

溢水伝播モデルを用いて、2.3.1～2.3.4 の評価ケースにおける最終滞留区画に到達するまでの溢水経路に位置する溢水防護区画の溢水水位を評価する。評価は溢水発生区画を起点（一次）とし、隣接する区画への伝播を段階的に二次、三次と進め、それを最終滞留区画まで実施する。

以下、第 2.3-1 図、第 2.3-3 図、第 2.3-5 図、第 2.3-7 図に段階毎の溢水水位の評価結果、第 2.3-2 図、第 2.3-4 図、第 2.3-6 図、第 2.3-8 図に溢水伝播経路概略図、及び第 2.3-5 表～第 2.3-12 表に没水影響評価結果を示す。



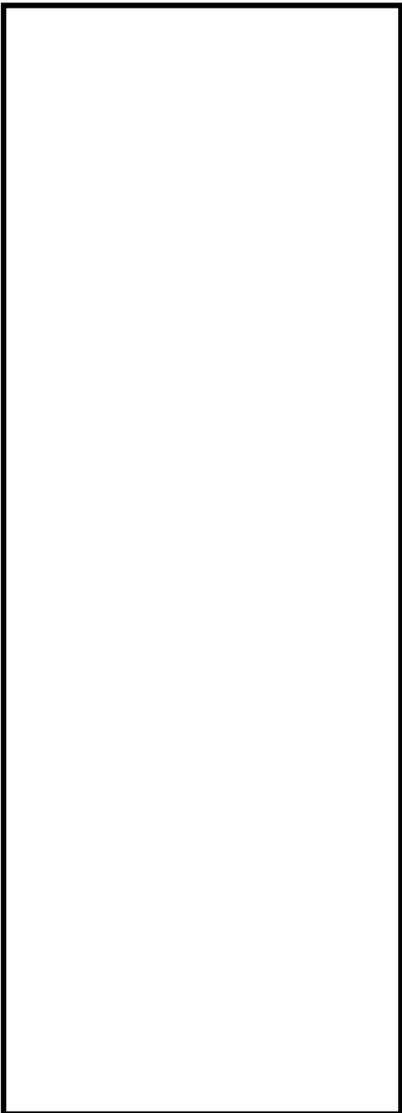
内部溢水伝播範囲

一次伝播評価		RB-1-1
評価対象区画		RB-1-1
溢水量 (m ³)		382.00
面積 (m ²)		246.40
溢水水位 (m)		0.10
全溢水量を面積で割った水位(1.56m)を算出。ただし、床開口が存在するため、溢水量は下層へ伝播する。		
接続区画への伝播有無判定		
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)
RB-1-1	開口	0.10
RB-1-2	堰・扉	0.25
RB-1-4	堰	0.25
RB-1-6	扉	0.00
		伝播有無
		有
		有
		無
		無
		有

区画番号	防護対象設備		溢水水位 (m)	没水判別高さ (捨去り2m考慮) ^{※1} (m)	没水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-1-1 (発生区画)	BHR (A)系サブプレッショントラップ	E12-F027A(M0)	0.10	2.70	○		
	BHR (A)系フラストラップ	E12-F024A(M0)		1.04	○		
	R/B INST DIST PNL 1	-		0.00	○	止水対策実施	
	R/B INST DIST PNL 2	-		0.00	○	止水対策実施	
	FCS (A)系出口管隔離弁	2-B3V-3A(M0)		1.43	○		
	FCS (A)系出口弁	2-B3V-2A(M0)		1.17	○		
	MSIVシステムリークドレン弁 (A)	E32-FF009A(M0)		1.66	○		
	SUPP CHAMBER PRESS	P7-26-79.52A		0.99	○		
	サブプレッショントラップ	2-26B-3(M0)		0.40	○		
	サブプレッショントラップ	2-26B-4(M0)		1.13	○		
	サブプレッショントラップ	2-26B-5(M0)		0.56	○		
	サブプレッショントラップ	2-26B-6(M0)		1.33	○		

※1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び揺らぎを考慮した値 (0.2m) を差し引いた値

第 2.3-1 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 1) (代表例：1/3)



内部溢水伝播範囲

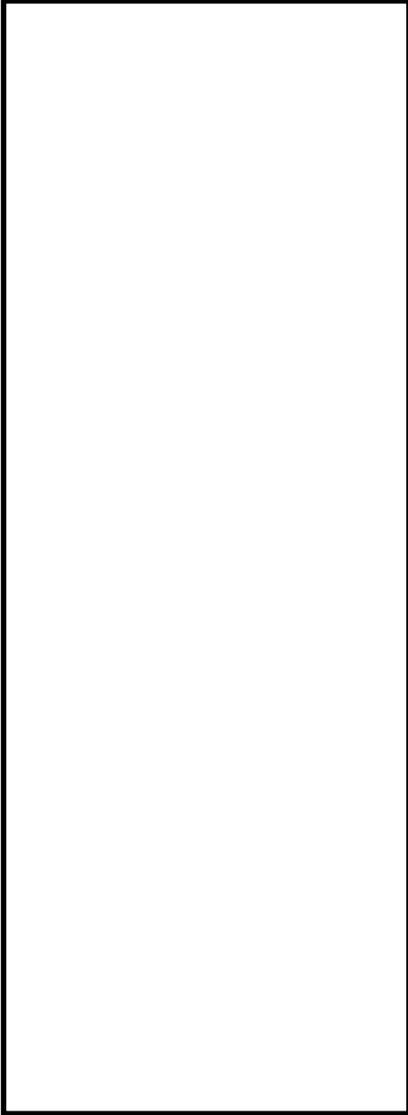
二次伝播評価		評価対象区画	RB-1-6
評価対象区画	伝水量 (m ³)	382.00	
	面積 (m ²)	0.90	
	溢水水位 (m)	0.10	
RB-1-6の溢水水位はRB-1-1との水位差を考慮するとRB-1-1の溢水水位(0.15m)以上とはならないため、溢水水位は0.15mとなる。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
RB-1-3	堰	0.30	無

二次伝播評価		評価対象区画	RB-B1-1
評価対象区画	伝水量 (m ³)	382.00	
	面積 (m ²)	219.60	
	溢水水位 (m)	0.10	
伝水量を面積で割った水位(1.75m)を算出。ただし、床開口が存在するため、その開口の堰高さ(0.10m)以上の溢水水位とはならない。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
RB-B1-2	堰・扉	0.20	無
RB-B1-9	堰・扉	0.20	無
RB-B1-5	堰	0.30	無

区画番号	防護対象設備		溢水水位 (m)	溢水判別高さ (検厚0.2m考慮) ^{※1} (m)	溢水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-1-6	—	—	0.10	—	○		
	CMS (A) サプレッションアンプ計表ドレン出口隔離弁	D23-F004A(M)		3.20	○		
	CMS (A) 冷却水入口弁 (RHRS(A)系)	3-12F101A(M)		0.20	○		
	CMS (A) 冷却水出口弁 (RHRS(A)系)	3-12F102A(M)		0.20	○		
	RCW 機器冷却器行き弁	7-9V31(M)		0.30	○		
	RHR (A) 系ミニロープ弁	E12-F064A(M)		0.30	○		
	RHR DIV-I 計装ラック	H22-P018		0.42	○		
	MCC 2C-3	MCC 2C-3		0.00	○	止水対策実施	
	MCC 2C-5	MCC 2C-5		0.00	○	止水対策実施	
	直流125V MCC 2A-1	125V DC MCC 2A-1		0.00	○	止水対策実施	
	核分裂生成物モニタ系サブリング弁	E31-F010B(A)		0.30	○		
	核分裂生成物モニタ系サブリング弁	E31-F011B(A)		0.32	○		
RB-B1-1	RCIC タービン排気弁	E51-F068(M)	0.10	4.00	○		
	RCIC 真空ポンプ出口弁	E51-F069(M)		3.92	○		
	RCIC DIV-I 計装ラック	H22-P017		0.38	○		
	LPCS 計装ラック	H22-P001		0.42	○		
	ドライウエル真空破壊検弁テスト用電磁弁	2-26V81(電磁弁)		1.00	○		
	ドライウエル真空破壊検弁テスト用電磁弁	2-26V82(電磁弁)		0.40	○		
	ドライウエル真空破壊検弁テスト用電磁弁	2-26V83(電磁弁)		0.40	○		
	ドライウエル真空破壊検弁テスト用電磁弁	2-26V84(電磁弁)		1.00	○		
	ドライウエル真空破壊検弁テスト用電磁弁	2-26V85(電磁弁)		1.60	○		
	ドライウエル真空破壊検弁テスト用電磁弁	2-26V86(電磁弁)		1.60	○		
	格納容器線系分岐系排気弁	25-51E1(電磁弁)		3.10	○		
	格納容器線系分岐系排気弁	25-51E2(電磁弁)		3.10	○		

※1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び揺らぎを考慮した値 (0.2m) を差し引いた値

第 2.3-1 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 1) (代表例：2/3)



内部溢水伝播範囲

三次伝播評価	
評価対象区画	RB-B2-13
溢水量 (m ³)	382.00
面積 (m ²)	36.90
溢水位 (m)	4.99

RB-B2-13とRB-B2-12の境界は堰(0.30m)であり、RB-B2-13とRB-B2-11の境界は堰(0.30m)及び流出入可能な扉へ改造することから、溢水量をRB-B2-11～13の合計面積で割った水位を算出。

接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
RB-B2-11	堰・扉	0.30	有
RB-B2-12	堰	0.30	有

三次伝播評価	
評価対象区画	RB-B2-11
溢水量 (m ³)	382.00
面積 (m ²)	18.00
溢水位 (m)	4.99

RB-B2-13とRB-B2-12の境界は堰(0.30m)であり、RB-B2-13とRB-B2-11の境界は堰(0.30m)及び流出入可能な扉へ改造することから、溢水量をRB-B2-11～13の合計面積で割った水位を算出。

接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
RB-B2-10	水密扉	—	無

三次伝播評価	
評価対象区画	RB-B2-12
溢水量 (m ³)	382.00
面積 (m ²)	21.70
溢水位 (m)	4.99

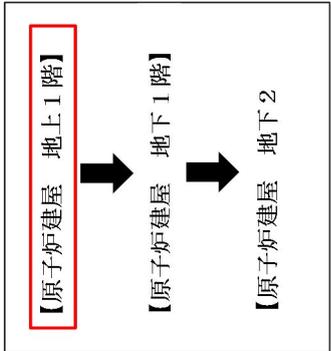
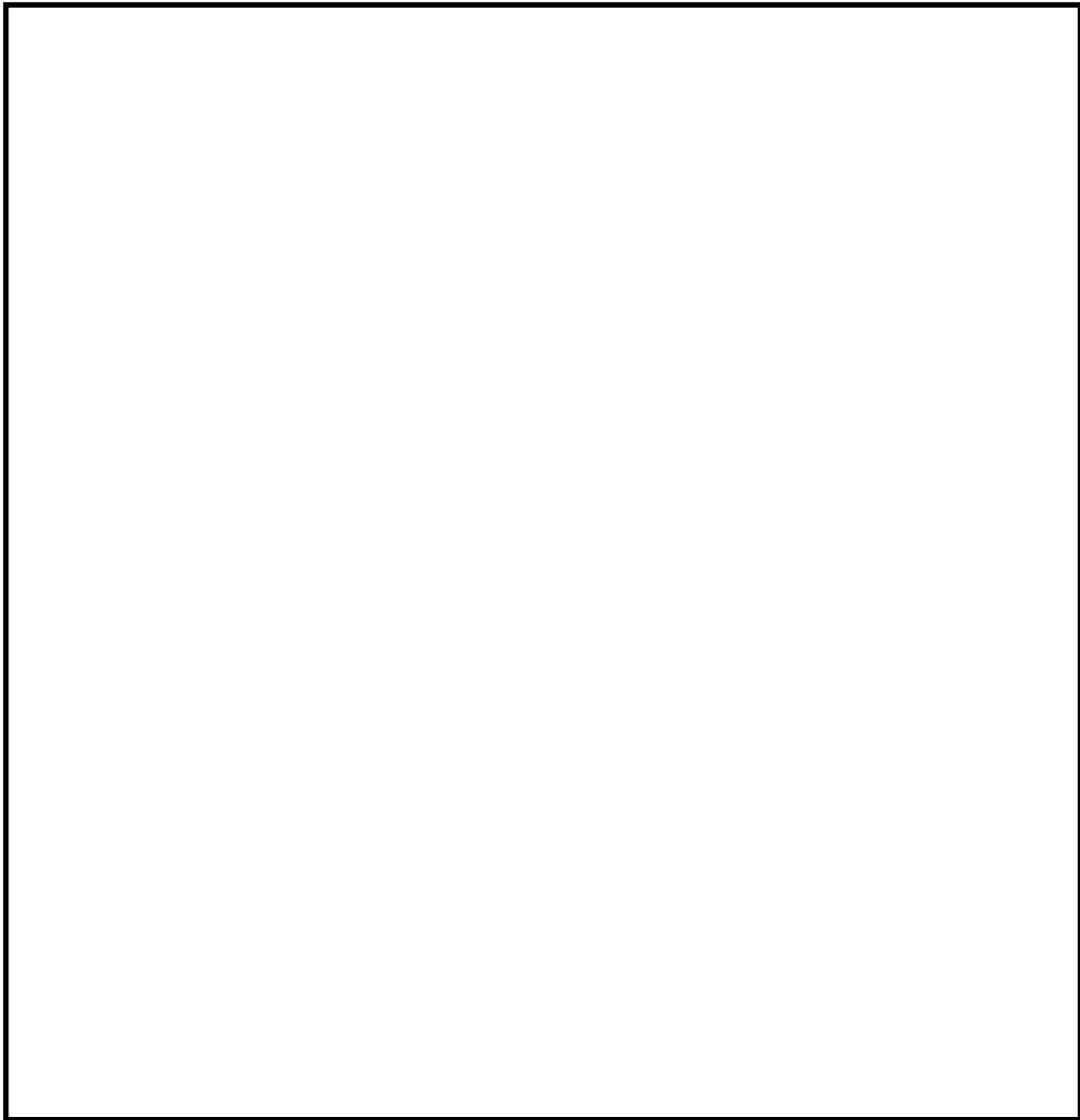
RB-B2-13とRB-B2-12の境界は堰(0.30m)であり、RB-B2-13とRB-B2-11の境界は堰(0.30m)及び流出入可能な扉へ改造することから、溢水量をRB-B2-11～13の合計面積で割った水位を算出。

接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
無し			

区画番号	防護対象設備		溢水位 (m)	浸水判別高さ (精度0.2m考慮) ^{*1} (m)	浸水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-B2-13	LPCS ポンプ室空調機	HVAC-AH2-3	4.99	0.07	×	機能喪失判定に影響なし	LPCS
	SIPP CHAMBER LEVEL (A) (伝送器)	LT-26-79.5A					
RB-B2-12	LPCS ポンプ	LPCS-PWP-0001	4.99	2.48	×	機能喪失判定に影響なし	LPCS
	LPCS ポンプ入口弁	E21-F001 (M0)					
RB-B2-11	LPCS ミニローブ弁	E21-F011 (M0)	4.99	0.30	×	機能喪失判定に影響なし	LPCS
	—	—					

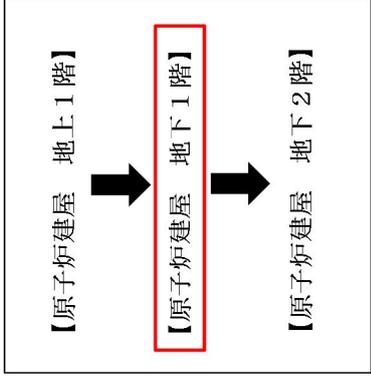
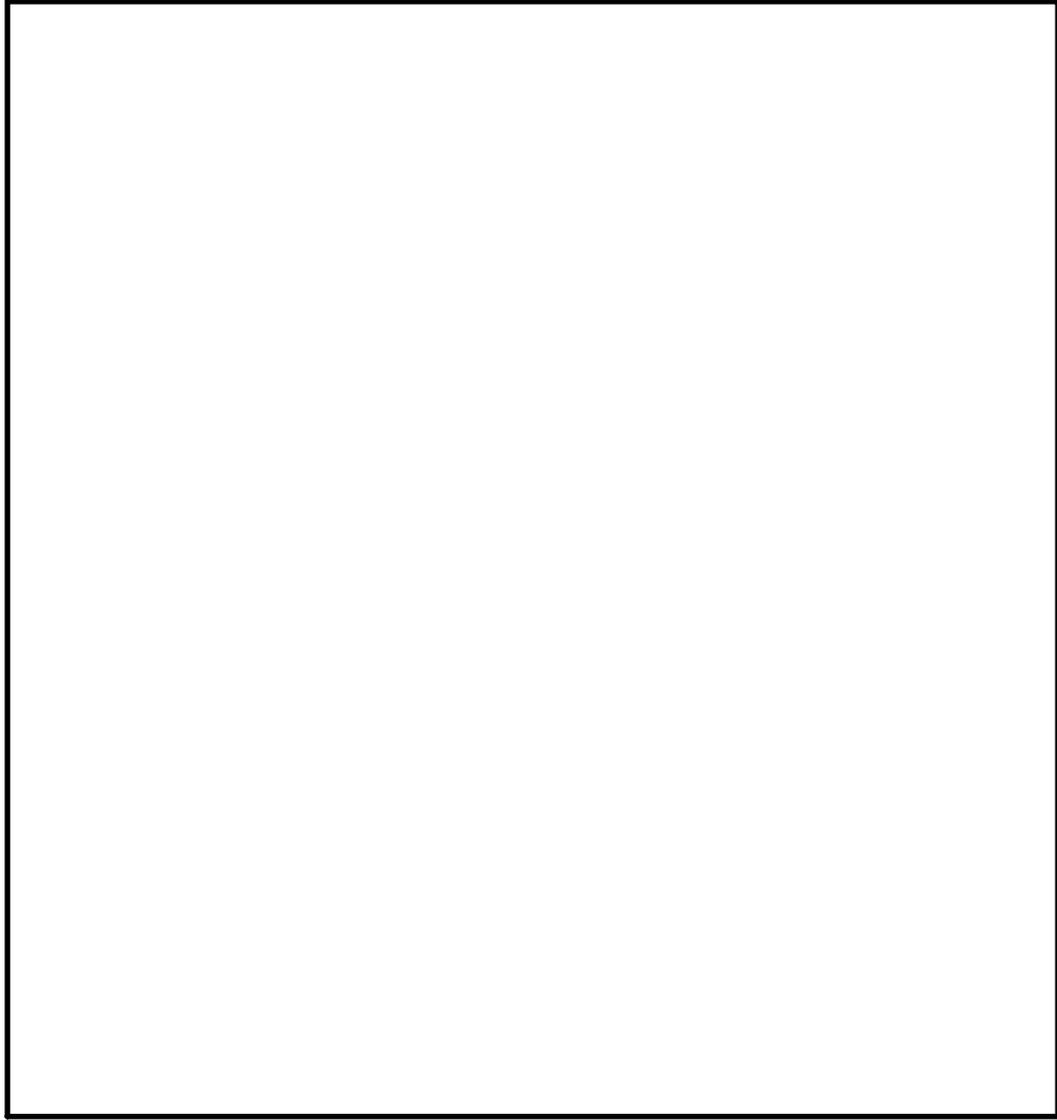
※1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び揺らぎを考慮した値 (0.2m) を差し引いた値

第 2.3-1 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 1) (代表例：3/3)



- 凡例
-  : 溢水の流れ
 -  : 下階への流れ
 -  : 上階からの流れ
 -  : 溢水発生区画
 -  : 伝播区画
 -  : 防護対象区域境界線

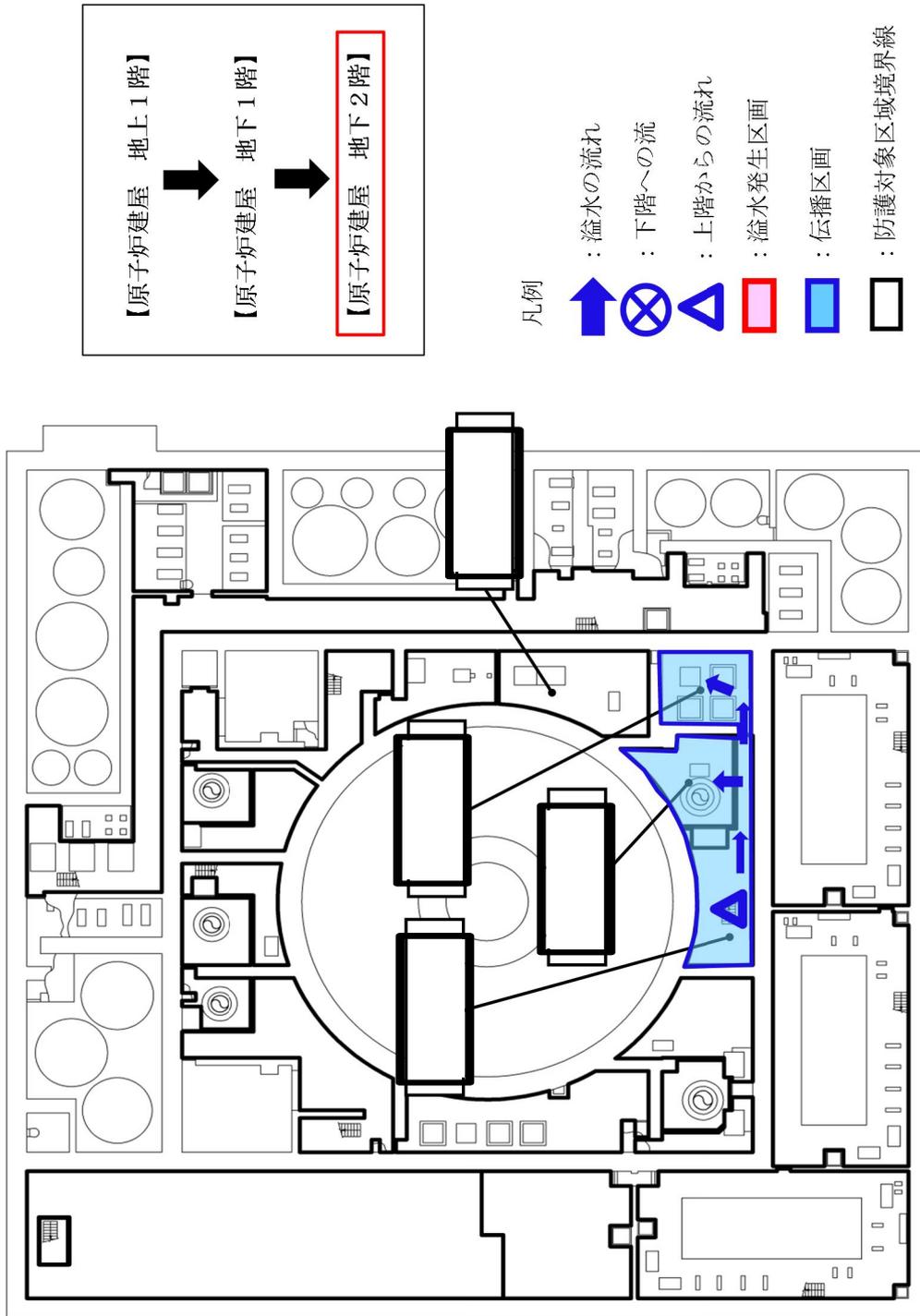
第 2.3-2 図 溢水伝播経路概略図（ケース 1）（代表例：1 / 3）



凡例

-  : 溢水の流れ
-  : 下階への流
-  : 上階からの流れ
-  : 溢水発生区画
-  : 伝播区画
-  : 防護対象区域境界線

第 2.3-2 図 溢水伝播経路概略図（ケース 1）（代表例：2 / 3）



第 2.3-2 図 溢水伝播経路概略図（ケース 1）（代表例：3/3）

第 2.3-5 表 没水影響評価結果 (ケース 1)

区画番号	防護対象設備		溢水水位 (m)	没水判別高さ (裕度0.2m考慮)※1 (m)	没水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-1-1 (発生区画)	RHR (A)系サブプレッジョンブールスブレイ弁	E12-F027A(MO)	0.10	2.70	○		
	RHR (A)系ストライン弁	E12-F024A(MO)		1.04	○		
	R/B INST DIST PNL 1	-		0.00	○	止水対策実施	
	R/B INST DIST PNL 2	-		0.00	○	止水対策実施	
	FCS (A)系出口管隔離弁	2-43V-3A(MO)		1.43	○		
	FCS (A)系出口弁	2-43V-2A(MO)		1.17	○		
	MSIVステムリークドレン弁(A)	E32-FF009A(MO)		1.66	○		
	SUPP CHAMBER PRESS	PT-26-79.52A		0.99	○		
	サブプレッジョンチェンバナー真空破滅止め弁	2-26B-3(AO)		0.40	○		
	サブプレッジョンチェンバナー真空破滅止め弁	2-26B-4(AO)		1.13	○		
	サブプレッジョン・チェンバナージ弁	2-26B-5(AO)		0.56	○		
	サブプレッジョン・チェンバナー2ガス供給弁	2-26B-6(AO)		1.33	○		
	RB-1-6	-		-	0.10	-	○
CAMS (A) サブプレッジョンブール計装ドレン出口隔離弁		D23-F004A(MO)	3.20	○			
CAMS (A) 冷却水入口弁 (RHRS (A)系)		3-12E101A(MO)	0.20	○			
CAMS (A) 冷却水出口弁 (RHRS (A)系)		3-12F102A(MO)	0.20	○			
RCW 機器冷却器行き弁		7-9V31(MO)	0.30	○			
RHR (A)系ミニフロー弁		E12-F064A(MO)	0.30	○			
RHR DIV-I 計装ラック		H22-P018	0.42	○			
MCC 2C-3		MCC 2C-3	0.00	○	止水対策実施		
MCC 2C-5		MCC 2C-5	0.00	○	止水対策実施		
直流125V MCC 2A-1		125V DC MCC 2A-1	0.00	○	止水対策実施		
核分裂生成物モニタ系サンプリング弁		E31-F010B(AO)	0.30	○			
核分裂生成物モニタ系サンプリング弁		E31-F011B(AO)	0.32	○			
RCIC タービン排気弁		E51-F068(MO)	4.00	○			
RCIC 真空ポンプ出口弁	E51-F069(MO)	3.92	○				
RCIC DIV-I 計装ラック	H22-P017	0.38	○				
LPCS 計装ラック	H22-P001	0.42	○				
ドライウエル真空破滅弁テスト用電磁弁	2-26V81(電磁弁)	1.00	○				
ドライウエル真空破滅弁テスト用電磁弁	2-26V82(電磁弁)	0.40	○				
ドライウエル真空破滅弁テスト用電磁弁	2-26V83(電磁弁)	0.40	○				
ドライウエル真空破滅弁テスト用電磁弁	2-26V84(電磁弁)	1.00	○				
ドライウエル真空破滅弁テスト用電磁弁	2-26V85(電磁弁)	1.60	○				
ドライウエル真空破滅弁テスト用電磁弁	2-26V86(電磁弁)	1.60	○				
格納容器酸素分析系排気弁	25-51E1(電磁弁)	3.10	○				
格納容器酸素分析系排気弁	25-51E2(電磁弁)	3.10	○				
LPCS ボンプ室空調機	HVAC-AH2-3	0.07	×	機能喪失判定に影響なし	LPCS		
SUPP CHAMBER LEVEL (A) (伝送器)	LT-26-79.5A	1.20	×	機能喪失判定に影響なし	事故時計装(A)		
LPCS ボンプ	LPCS-PMPC-001	2.48	×	機能喪失判定に影響なし	LPCS		
LPCS ボンプ入口弁	E21-F001(MO)	1.30	×	機能喪失判定に影響なし	LPCS		
LPCS ミニフロー弁	E21-F011(MO)	0.30	×	機能喪失判定に影響なし	LPCS		
ー	ー	ー	ー	ー	ー		

※1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び揺らぎを考慮した値 (0.2m) を差し引いた値

第 2.3-6 表 想定破損による没水影響評価結果まとめ (ケース 1)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：RHR (A)
 溢水量：382 (m³)

備考：RHR (A) 系の破損想定のため RHR (A) 系及び FCS (A) 系を機能喪失とし評価

総合判定	○
評価方法	①

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮らし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))										機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										中央制御室
機能判定	○										中央制御室
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
	系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (FCS (A) or FCS (B))		機能維持 (A系 or B系)		機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

※ ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)



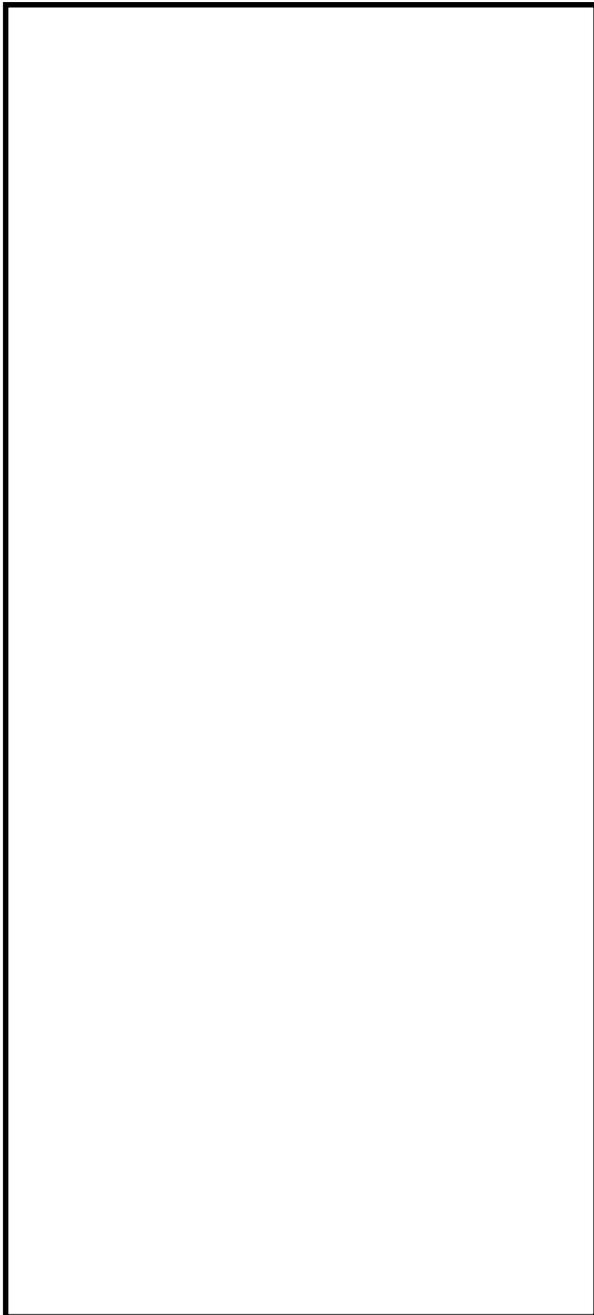
内部溢水伝播範囲

一次伝播評価	
評価対象区画	RB-4-1
溢水量 (m ³)	298.00
面積 (m ²)	196.9
溢水水位 (m)	0.10
全溢水量を面積で割った水位(1.52m)を算出。ただし、床開口が存在するため、溢水量は下層へ伝播する。	
接続区画への伝播有無判定	
接続区画	境界形態
RB-1-1	開口
伝播開始高さ (m)	0.10
伝播有無	有

区画番号	防護対象設備		溢水水位 (m)	溢水判別高さ(裕度) ^{※1} (m)	没水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-4-1 (発生区画)	MCC 2A2-2	MCC 2A2-2	0.10	0.00	○	止水対策実施	
	MCC 2C-9	MCC 2C-9		0.00	○	止水対策実施	
	直流125V MCC 2A-2	125V DC MCC 2A-2		0.00	○	止水対策実施	
	FPC SIS PUMP AREA PNL	G41-P002		0.32	○		
	PUMP SECTION LO PRESS & ALARM (スイッチ)	PSL-G41-N007A		1.04	○		
	PUMP SECTION LO PRESS & ALARM (スイッチ)	PSL-G41-N007B		1.03	○		
	RCE 進入弁	E51-F013(M0)		5.06	○		
	RCE 弁 (E51-F065)均圧弁	E51-F008(M0)		3.80	○		

※1：各機器の機能喪失高さを考慮した値 (0.2m) を差し引いた値

第 2.3-3 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 2) (代表例：1/5)



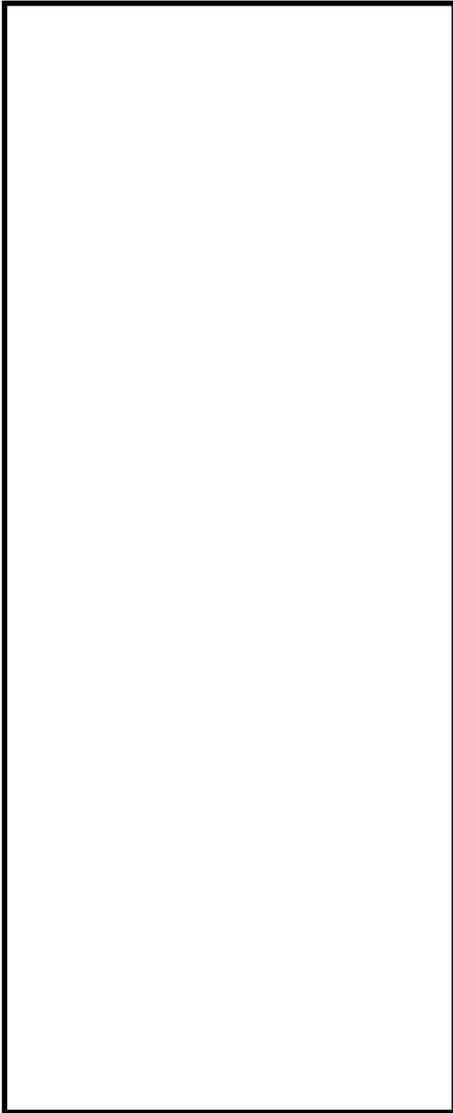
内部溢水伝播範囲

二次伝播評価			
評価対象区画	RB-1-1		
溢水量 (m ³)	298.00		
面積 (m ²)	246.40		
溢水水位 (m)	0.10		
RB-1-1の溢水水位は堰高さ(0.10m)となる。床開口が存在するため、溢水量は下層へ伝播する。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ(m)	伝播有無
RB-1-1	開口	0.10	有
RB-1-6	扉	0.00	有
RB-1-4	堰	0.30	無

区画番号	防護対象設備		溢水水位 (m)	溢水判別高さ(裕度0.2m考慮) ^{※1} (m)	浸水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-1-1	RHR (A)系サブプレッジョンポンプ・ルースブレイ弁	E12-F027A(00)	0.10	2.70	○		
	RHR (A)系サブプレッジョンポンプ	E12-F024A(00)		1.04	○		
	R/B INST DIST PNL 1	—		0.00	○	止水対策実施	
	R/B INST DIST PNL 2	—		0.00	○	止水対策実施	
	FCS (A)系出口管隔離弁	2-43V-3A(00)		1.43	○		
	FCS (A)系出口弁	2-43V-2A(00)		1.17	○		
	MSIVシステムリレー・ケトル弁(A)	E32-FF009A(00)		1.66	○		
	SEPP CHAMBER PRESS	PT-26-7B-52A		0.99	○		
	サブプレッジョンチェンバー真空破断止め弁	2-26B-3(A0)		0.40	○		
	サブプレッジョンチェンバー真空破断止め弁	2-26B-4(A0)		1.13	○		
	サブプレッジョン・チェンバー弁	2-26B-5(A0)		0.56	○		
サブプレッジョン・チェンバーのガス供給弁	2-26B-6(A0)	1.33	○				

※1：各機器の機能喪失高さから床高配及び揺らぎを考慮した値(0.2m)を差し引いた値

第 2.3-3 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 2) (代表例：2/5)



内部溢水伝播範囲

三次伝播評価

評価対象区画	RB-B1-1
溢水量 (m ³)	298.00
面積 (m ²)	219.60
溢水位 (m)	0.10

床開口が存在するため、溢水量は下層へ伝播する。RB-B1-1は、堰高さ(0.10m)以上の溢水位とはならない。

接続区画への伝播有無判定

接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
RB-B1-2	堰・扉	0.20	無
RB-B1-9	堰	0.20	無
RB-B1-5	堰	0.30	無
RB-B2-13	開口	0.10	有

三次伝播評価

評価対象区画	RB-1-6
溢水量 (m ³)	298.00
面積 (m ²)	0.90
溢水位 (m)	0.10

RB-1-6の溢水位はRB-1-1との水位差を考慮するとRB-1-1の溢水位(0.10m)以上とはならないため、溢水位は0.10mとなる。

接続区画への伝播有無判定

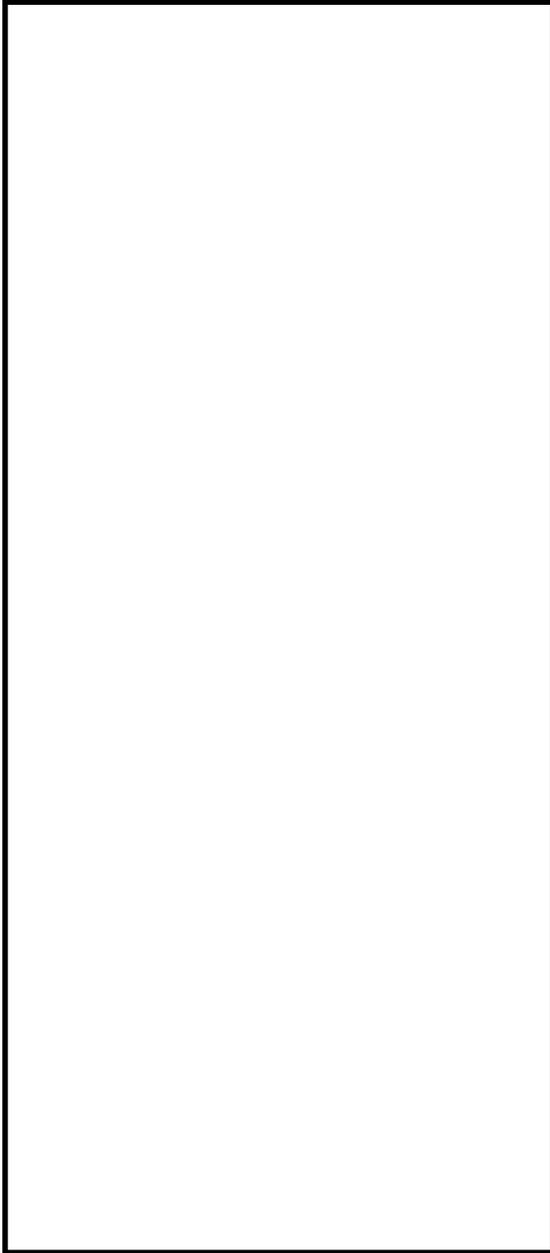
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
RB-1-3	堰	0.30	無

区画番号	防護対象設備		溢水位 (m)	溢水判定高さ (貯留0.2m考慮) ^{※1} (m)	溢水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-1-1	GMS (A) サプレッションプール計装トレン出口隔離弁	D2B-F004A(00)	0.10	3.20	○		
	GMS (A) 冷却水入口弁 (RHRS (A) 系)	3-12F101A(00)		0.20	○		
	GMS (A) 冷却水出口弁 (RHRS (A) 系)	3-12F102A(00)		0.20	○		
	RCW 機器冷却水行き弁	7-9V31(00)		0.30	○		
	RHR (A) 系ミニフロー弁	E12-F064A(00)		0.30	○		
	RHR DIV-1 計装ラック	HE2-F018		0.42	○		
	MCC 2C-3	MCC 2C-3		0.00	○		止水対策実施
	MCC 2C-5	MCC 2C-5		0.00	○		止水対策実施
	直流125V MCC 2A-1	125V_DC_MCC_2A-1		0.00	○		止水対策実施
	移分裂生成物モニタ系サンプリング弁	E31-F010B(00)		0.30	○		
	移分裂生成物モニタ系サンプリング弁	E31-F011B(00)		0.32	○		
	RCC タービン排気弁	E51-F06S(00)		4.00	○		
	RCC 真空ポンプ出口弁	E51-F06B(00)		3.92	○		
	RCC DIV-1 計装ラック	HE2-F017		0.42	○		
	LPSS 計装ラック	HE2-F001		0.38	○		
	ドライウェル真空破壊弁テスト用電磁弁	2-20V81(電磁弁)		1.00	○		
	ドライウェル真空破壊弁テスト用電磁弁	2-20V82(電磁弁)		0.40	○		
	ドライウェル真空破壊弁テスト用電磁弁	2-20V83(電磁弁)		0.40	○		
	ドライウェル真空破壊弁テスト用電磁弁	2-20V84(電磁弁)		1.00	○		
	ドライウェル真空破壊弁テスト用電磁弁	2-20V85(電磁弁)		1.00	○		
ドライウェル真空破壊弁テスト用電磁弁	2-20V86(電磁弁)	1.60	○				
蒸餾器蒸餾分析系計装弁	15-51E1(電磁弁)	3.10	○				
蒸餾器蒸餾分析系計装弁	15-51E2(電磁弁)	3.10	○				

※1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び揺らぎを考慮した値(0.2m)を差し引いた値

第 2.3-3 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 2)

(代表例：3/5)



内部溢水伝播範囲

三次伝播評価			
評価対象区画	RB-B2-13		
溢水量 (m ³)	298.00		
面積 (m ²)	36.90		
溢水水位 (m)	3.90		
RB-B2-13とRB-B2-12の境界は堰(0.30m)であり、RB-B2-13とRB-B2-11の境界は堰(0.30m)及び流出入可能な扉へ改造することから、溢水量をRB-B2-11～13の合計面積で割った水位を算出。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界 形態	伝播開始 高さ (m)	伝播 有無
RB-B2-11	堰・扉	0.30	有
RB-B2-12	堰	0.30	有

三次伝播評価			
評価対象区画	RB-B2-12		
溢水量 (m ³)	298.00		
面積 (m ²)	21.70		
溢水水位 (m)	3.90		
RB-B2-13とRB-B2-12の境界は堰(0.30m)であり、RB-B2-13とRB-B2-11の境界は堰(0.30m)及び流出入可能な扉へ改造することから、溢水量をRB-B2-11～13の合計面積で割った水位を算出。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界 形態	伝播開始 高さ (m)	伝播 有無
無し			

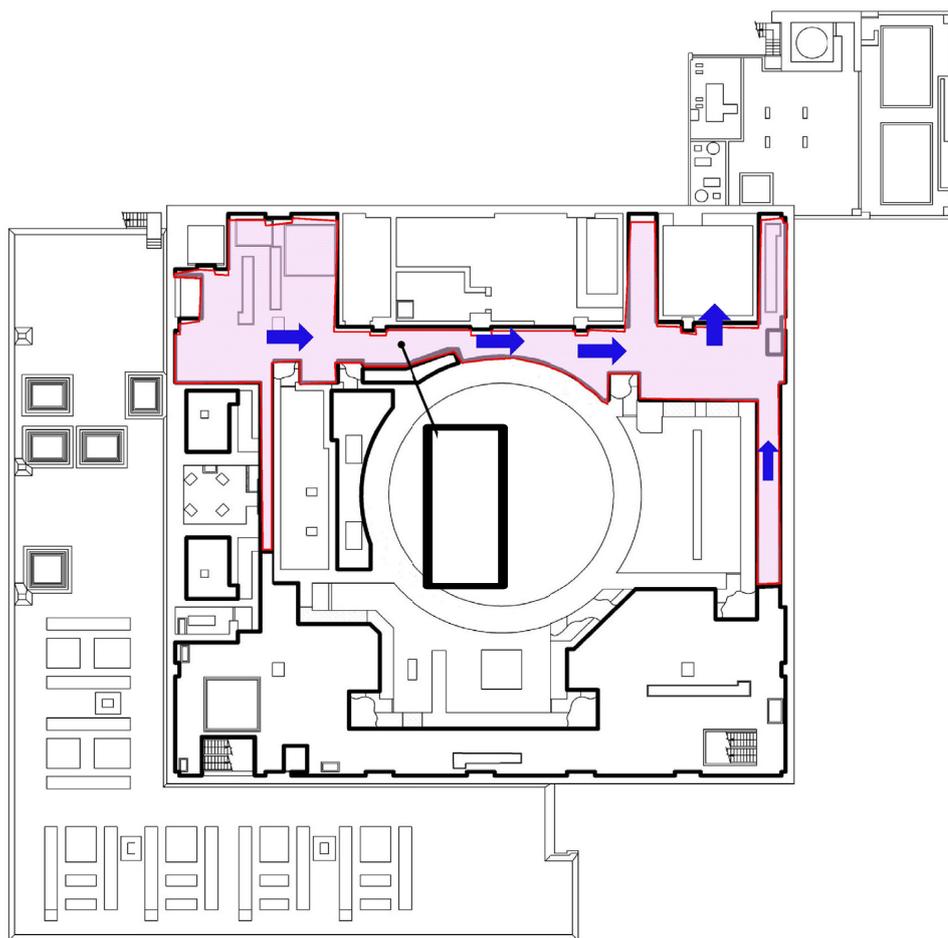
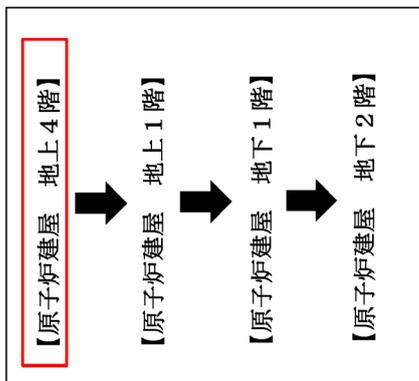
三次伝播評価			
評価対象区画	RB-B2-11		
溢水量 (m ³)	298.00		
面積 (m ²)	18.00		
溢水水位 (m)	3.90		
RB-B2-13とRB-B2-12の境界は堰(0.30m)であり、RB-B2-13とRB-B2-11の境界は堰(0.30m)及び流出入可能な扉へ改造することから、溢水量をRB-B2-11～13の合計面積で割った水位を算出。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界 形態	伝播開始 高さ (m)	伝播 有無
RB-B2-10	水密扉	—	無

第 2.3-3 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 2) (代表例: 4/5)

区画番号	防護対象設備		溢水水位 (m)	没水判別高さ (余裕0.2m 考慮) ^{※1} (m)	没水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-B2-13	LPCS ボンプ室空調機	HVAC-AH2-3	3.90	0.07	×	機能喪失判定に影響なし	LPCS
	SUPP CHAMBER LEVEL (A) (伝送器)	LT-26-79.5A		1.20	×	機能喪失判定に影響なし	事故時計装(A)
	LPCS ボンプ	LPCS-PMP-C001		2.48	×	機能喪失判定に影響なし	LPCS
RB-B2-12	LPCS ボンプ入口弁	E21-F001(M0)	3.90	1.30	×	機能喪失判定に影響なし	LPCS
	LPCS ミニフロー弁	E21-F011(M0)		0.30	×	機能喪失判定に影響なし	LPCS
RB-B2-11	—	—	3.90	—	—	—	—

※1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び揺らぎを考慮した値 (0.2m) を差し引いた値

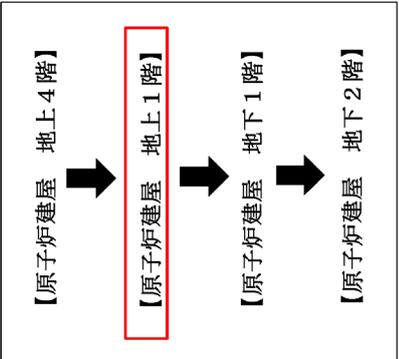
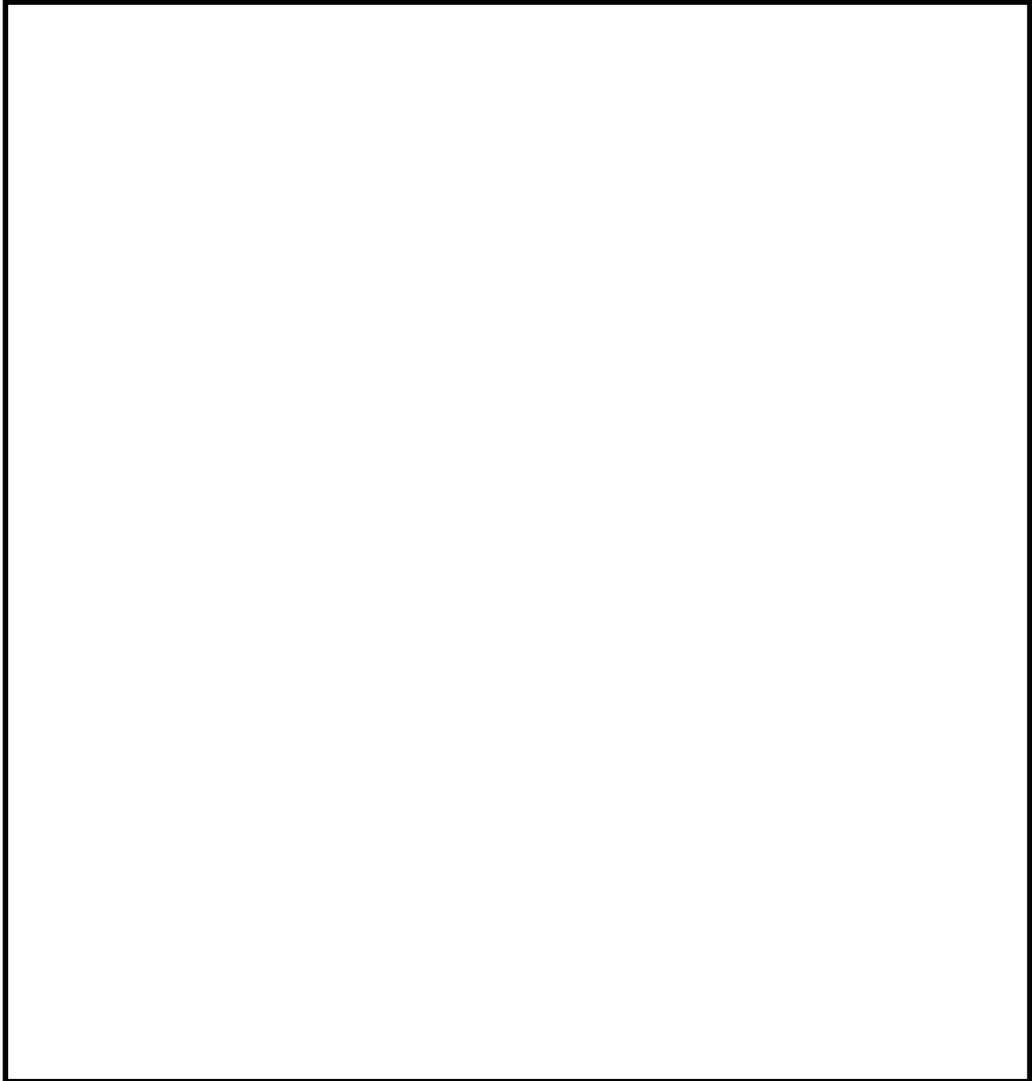
第 2.3-3 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 2) (代表例：5/5)



凡例

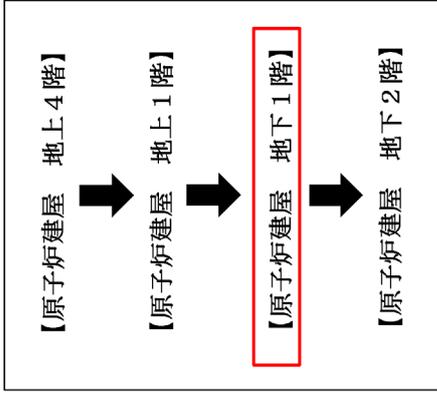
-  : 溢水の流れ
-  : 下階への流れ
-  : 上階からの流れ
-  : 溢水発生区画
-  : 伝播区画
-  : 防護対象区域境界線

第 2.3-4 図 溢水伝播経路概略図（ケース 2）（代表例：1/4）



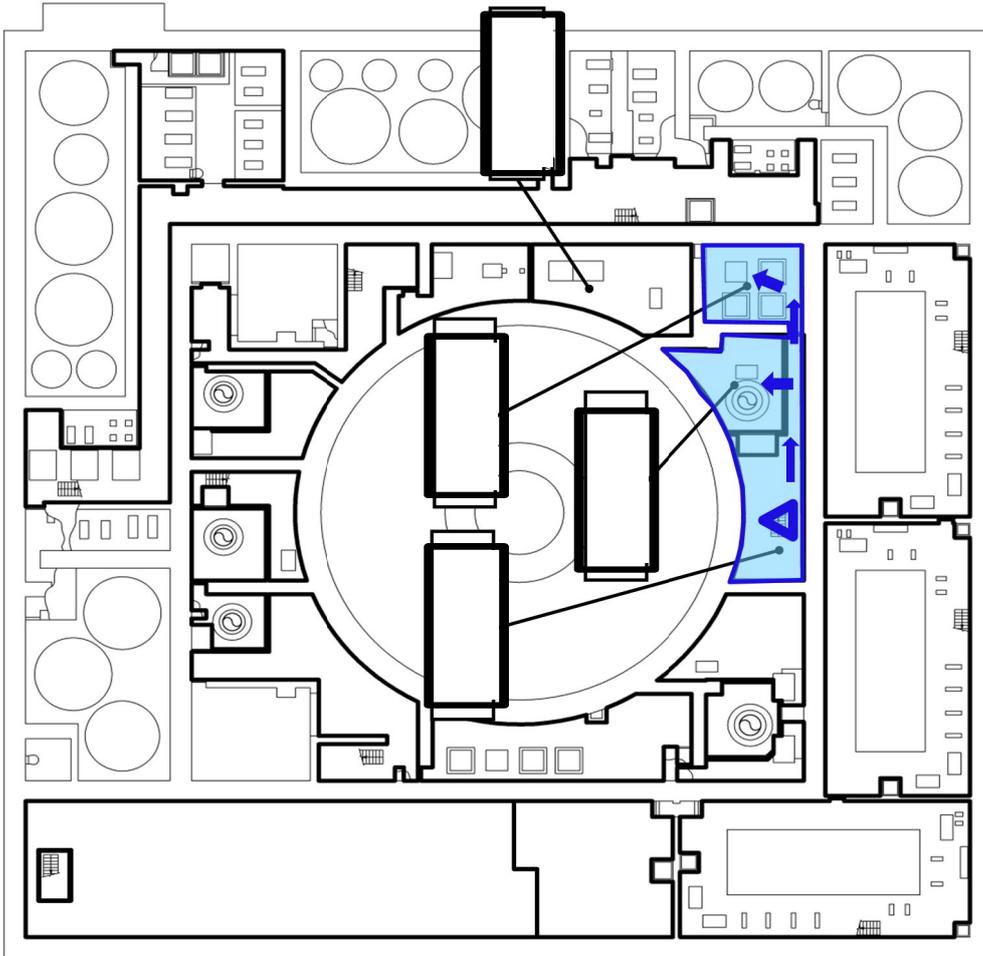
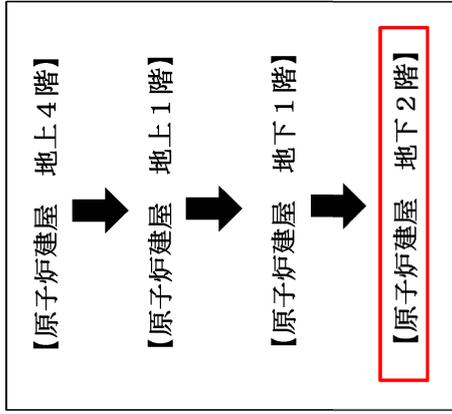
- 凡例
-  : 溢水の流れ
 -  : 下階への流れ
 -  : 上階からの流れ
 -  : 溢水発生区画
 -  : 伝播区画
 -  : 防護対象区域境界線

第 2.3-4 図 溢水伝播経路概略図 (ケース 2) (代表例: 2/4)



- 凡例
- ↑ : 溢水の流れ
 - ⊗ : 下階への流れ
 - △ : 上階からの流れ
 - (red border) : 溢水発生区画
 - (blue border) : 伝播区画
 - (black border) : 防護対象区域境界線

第 2.3-4 図 溢水伝播経路概略図（ケース 2）（代表例：3/4）



- 凡例
- ↑ : 溢水の流れ
 - ⊗ : 下階への流れ
 - △ : 上階からの流れ
 - (red) : 溢水発生区画
 - (blue) : 伝播区画
 - (black) : 防護対象区域境界線

第 2.3-4 図 溢水伝播経路概略図（ケース 2）（代表例：4/4）

第 2.3-7 表 没水影響評価結果 (ケース 2)

区画番号	防護対象設備		溢水水位 (m)	没水判定高 (余裕0.2m考慮) ^{※1} (m)	没水判定	備考	機能喪失系統	
	設備名称	機器番号						
RB-4-1 (発生区画)	MCC 2C2-2	MCC 2A2-2	0.10	0.00	○	止水対策実施		
	MCC 2C-9	MCC 2C-9		0.00	○	止水対策実施		
	直流125V MCC 2A-2	125V DC MCC 2A-2		0.00	○	止水対策実施		
	FFC SYS PUMP AREA PNL	641-P002		0.32	○			
	PUMP SECTION LO PRESS & ALARM (スイッチ)	PSL-G41-N007A		1.04	○			
	PUMP SECTION LO PRESS & ALARM (スイッチ)	PSL-G41-N007B		1.03	○			
	RCIC 注入弁	E51-F013(A0)		5.06	○			
	RCIC 弁(E51-F065)均圧弁	E51-F008(A0)		3.80	○			
	RB-4-8	-		-	-	-	-	
	RB-4-10	-		-	-	-	-	
RB-4-16	-	-	-	-	-			
RB-4-18	-	-	-	-	-			
RB-4-20	-	-	-	-	-			
RB-4-21	-	-	-	-	-			
RB-4-22	-	-	-	-	-			
RB-1-1	RHR (A)系サブプレッションプールスプレイ弁	E12-F027A(A0)	0.10	2.70	○			
	RHR (A)系テストライン弁	E12-F024A(A0)		1.04	○			
	R/B INST DIST PNL 1	-		0.00	○	止水対策実施		
	R/B INST DIST PNL 2	-		0.00	○	止水対策実施		
	FGS (A)系出口管隔離弁	2-43V-3A(A0)		1.43	○			
	FGS (A)系出口弁	2-43V-2A(A0)		1.17	○			
	MSIVシステムリークドレン弁(A)	E32-F009A(A0)		1.66	○			
	SUPP CHAMBER PRESS	PT-26-79.52A		0.99	○			
	サブプレッショントラップ	2-26B-3(A0)		0.40	○			
	サブプレッショントラップ	2-26B-4(A0)		1.13	○			
サブプレッショントラップ	2-26B-5(A0)	0.56	○					
サブプレッショントラップ	2-26B-6(A0)	1.33	○					
RB-1-6	CAMS (A) サブプレッションプール計装ドレン出口隔離弁	D23-F004A(A0)	0.10	3.20	○			
	CAMS (A)冷却水入口弁 (RHR(A)系)	3-12F10A(A0)		0.20	○			
	CAMS (A)冷却水出口弁 (RHR(A)系)	3-12F102A(A0)		0.20	○			
	RCW 機器冷却器行き弁	7-9V31(A0)		0.30	○			
	RHR (A)系ミニロー弁	E12-F064A(A0)		0.30	○			
	RHR DIV-1 計装ラック	R22-P018		0.42	○			
	MCC 2C-3	MCC 2C-3		0.00	○	止水対策実施		
	MCC 2C-5	MCC 2C-5		0.00	○	止水対策実施		
	直流125V MCC 2A-1	125V DC MCC 2A-1		0.00	○	止水対策実施		
	核分裂生成物モニタ系サブプレッソ	E31-F010B(A0)		0.30	○			
RB-B1-1	核分裂生成物モニタ系サブプレッソ	E31-F011B(A0)	0.10	0.32	○			
	RCIC タービン排気弁	E51-F065(A0)		4.00	○			
	RCIC 真空ポンプ出口弁	E51-F069(A0)		3.62	○			
	RCIC DIV-1 計装ラック	R22-P017		0.38	○			
	LPCS 計装ラック	R22-P001		0.42	○			
	ドライウェル真空破砕弁AST用電磁弁	2-26S81(電磁弁)		1.00	○			
	ドライウェル真空破砕弁AST用電磁弁	2-26S82(電磁弁)		0.40	○			
	ドライウェル真空破砕弁AST用電磁弁	2-26S83(電磁弁)		0.40	○			
	ドライウェル真空破砕弁AST用電磁弁	2-26S84(電磁弁)		1.00	○			
	ドライウェル真空破砕弁AST用電磁弁	2-26S85(電磁弁)		1.60	○			
ドライウェル真空破砕弁AST用電磁弁	2-26S86(電磁弁)	1.60	○					
格納容器除沫器分析系排気弁	25-51E1(電磁弁)	3.10	○					
格納容器除沫器分析系排気弁	25-51E2(電磁弁)	3.10	○					
LPCS ポンプ真空隔離機	HVAC-AP9-3	0.07	○		機体発生相対に影響なし			
SUPP CHAMBER LEVEL (A) (伝送器)	LT-26-79.5A	3.90	×		機能喪失判定に影響なし			
LPCS ポンプ	LPCS-PMP-C001	1.20	×		機能喪失判定に影響なし			
LPCS ポンプ入口弁	E21-F001(A0)	2.48	×		機能喪失判定に影響なし			
LPCS ミニロー弁	E21-F011(A0)	0.30	×		機能喪失判定に影響なし			
RB-B2-13	-	-	-	-	-			
RB-B2-12	-	-	-	-	-			
RB-B2-11	-	-	-	-	-			

※1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び幅らぎを考慮した値(0.2m)を差し引いた値

第2.3-8表 想定破損による没水影響評価結果まとめ（ケース2）

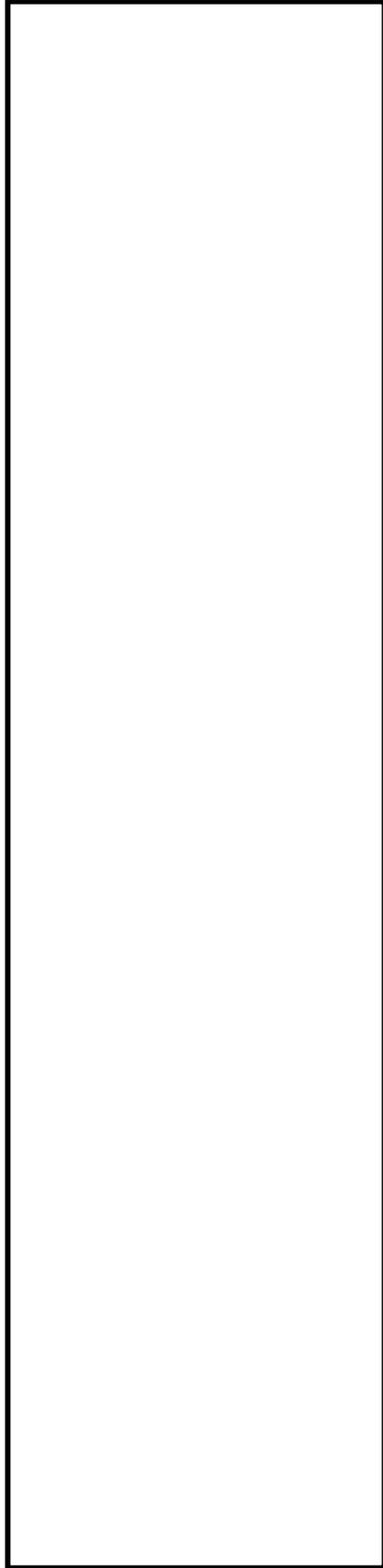
評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：RCW	※1
溢水量：298 (m ³)	

備考：RHR (A)系の破損想定のためRHR (A)系及びFCS (A)系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設											自動速がし機能			
	未臨界維持機能			高温停止機能				原子炉隔離時注水機能			手動速がし機能				
安全機能	○											○			
機能判定	○											○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPSC)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	原子炉隔離時注水機能	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (ADS (A) and RHR (A) or LPCS)	機能維持 (ADS (A) and RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))		

評価対象	原子炉施設														
	閉じ込め機能			監視機能			冷却機能			給水機能			使用済燃料プール		
安全機能	○														
機能判定	○														
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FGS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	監視機能	監視機能	監視機能	監視機能	監視機能	監視機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FGS (A) or FGS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (ADS (A) and RHR (A) or LPCS)	機能維持 (ADS (A) and RHR (A) or LPCS)	機能維持 (ADS (A) and RHR (A) or LPCS)	機能維持 (ADS (A) and RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))

※1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)



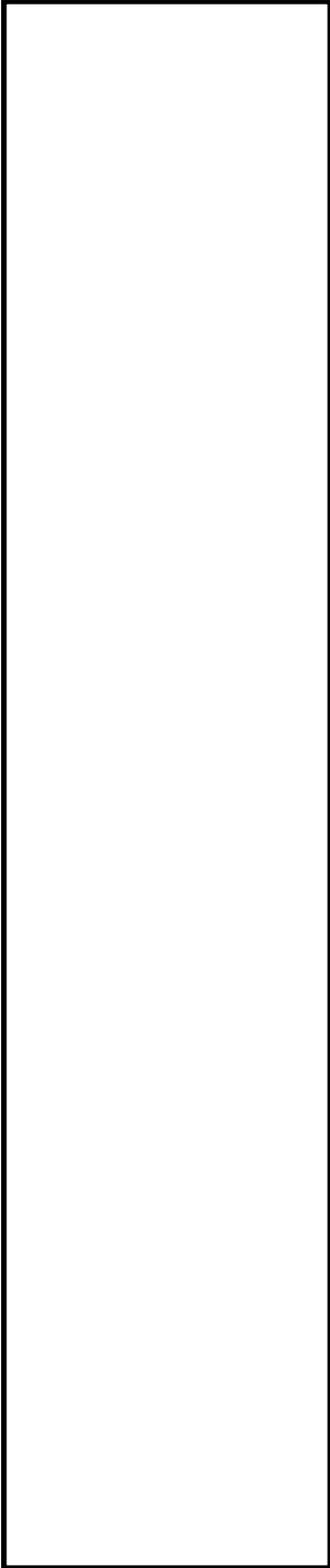
内部溢水伝播範囲

一次伝播評価		境界形状		伝播開始		伝播	
評価対象区画	区画番号	境界形状	伝播開始高さ(m)	有	無	有	無
全溢水量を面積で割った水位を算出する。RB-B2-3とRB-B2-14の境界は堰(0.30m)であり、RB-B2-3とRB-B2-4の境界は堰(0.20m)及び流入可能な扉へ改造する。また、RB-B2-3とRB-B2-2の境界は堰(0.20mm)及び3h耐火扉へ改造することから、溢水量をRB-B2-3からRB-B2-2、RB-B2-4、RB-B2-14へ伝播させる。	RB-B2-3 382.00 61.80 5.41		0.20 0.30 0.20	有	有	有	有

区画番号	防護対象設備		溢水水位(m)	浸水判別高さ(浸度0.2m考慮)*1	浸水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-B2-3 (保安区画)	水平方向地震加速度検出器	C72-N010A	2.38	0.10	X		
	水平方向地震加速度検出器	C72-N010B		0.10	X		
	鉛直方向地震加速度検出器	C72-N011A		0.10	X		
	鉛直方向地震加速度検出器	C72-N011B		0.10	X		
	RRR ポンプ(B)停止時冷房ライン入口弁	E12-F006R(00)		1.74	X	機能喪失判定に影響なし	RRR(B)、RRR(B)冷却
	RRR ポンプ(B)入口弁	E12-F004B(00)		1.30	X	機能喪失判定に影響なし	RRR(B)、FCS(B)、RRR(B)給水
	RRR(B)ポンプ室空調機	H04C-002-5	0.07	X	機能喪失判定に影響なし	RRR(B)、FCS(B)、RRR(B)冷却・給水	

*1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び揺らぎを考慮した値(0.2m)を差し引いた値

第 2.3-5 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 3) (代表例：1/3)



内部溢水伝播範囲

二次伝播評価		
評価対象区画	RB-B2-2	
溢水量(m ³)	382.00	
面積(m ²)	51.30	
溢水水位(m)	2.38	
RB-B2-2の溢水水位は堰高さ(0.20m)となる。溢水量をRB-B2-3, RB-B2-2, RB-B2-4, RB-B2-14, RB-B2-5, RB-B2-6の合計面積で割った水位を算出。		
接続区画への伝播有無判定		
接続区画	境界形態	伝播開始高さ(m)
RB-B2-19	水密扉	—
		伝播有無
		無

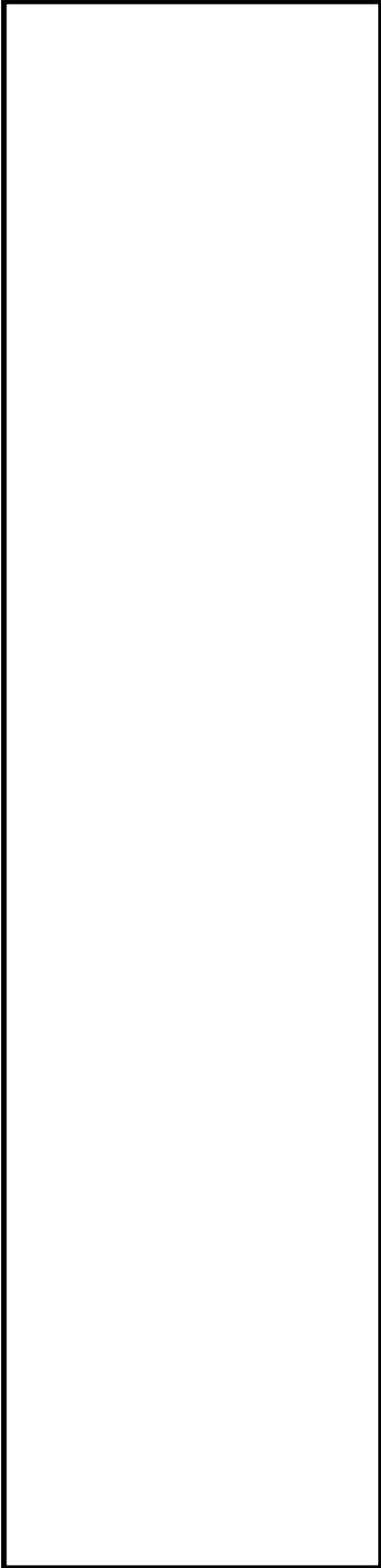
二次伝播評価		
評価対象区画	RB-B2-14	
溢水量(m ³)	382.00	
面積(m ²)	8.90	
溢水水位(m)	2.38	
RB-B2-14の溢水水位は堰高さ(0.30m)となり、RB-B2-5へ伝播させる。溢水量をRB-B2-3, RB-B2-2, RB-B2-4, RB-B2-14, RB-B2-5, RB-B2-6の合計面積で割った水位を算出。		
接続区画への伝播有無判定		
接続区画	境界形態	伝播開始高さ(m)
RB-B2-5	扉・扉	0.30
		伝播有無
		有

二次伝播評価		
評価対象区画	RB-B2-4	
溢水量(m ³)	382.00	
面積(m ²)	38.90	
溢水水位(m)	2.38	
RB-B2-4の溢水水位は堰高さ(0.20m)となる。溢水量をRB-B2-3, RB-B2-2, RB-B2-4, RB-B2-14, RB-B2-5, RB-B2-6の合計面積で割った水位を算出。		
接続区画への伝播有無判定		
接続区画	境界形態	伝播開始高さ(m)
無		
		伝播有無
		有無

区画番号	防護対象設備		溢水水位(m)	没水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号				
RB-B2-14	ポンプ(B)	RRR-PMP-C002B	2.38	x	機能喪失判定に影響なし	RRR(B) FCS(B) RRR(B) 冷却・給水
RB-B2-2	—	—	2.38	—		
RB-B2-4	—	—	2.38	—		

※1：各機器の保護高さから床勾配及び掃らぎを考慮した値(0.2m)を差し引いた値

第2.3-5 図 段階毎の溢水水位の評価結果(ケース3) (代表例：2/3)



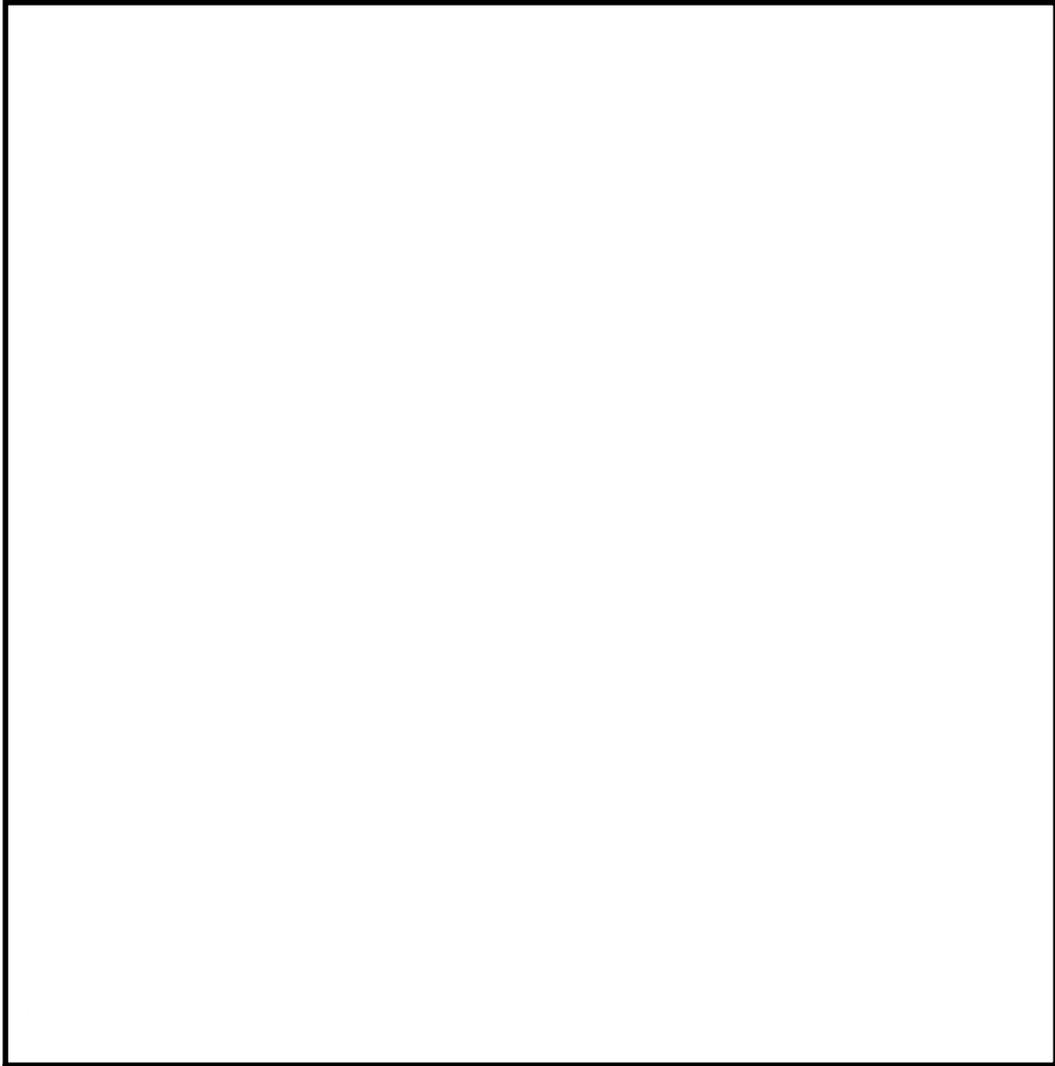
内部溢水伝播範囲

二次伝播評価			
評価対象区画	RB-B2-5		
溢水量 (m ³)	382.00		
面積 (m ²)	15.00		
溢水水位 (m)	1.98		
RB-B2-5の溢水水位は堰高さ(0.30m)となり、RB-B2-6へ伝播させる。溢水量をRB-B2-3、RB-B2-2、RB-B2-4、RB-B2-14、RB-B2-5、RB-B2-6の合計面積で割った水位を算出。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
RB-B2-6	堰	0.30	有
三次伝播評価			
評価対象区画	RB-B2-6		
溢水量 (m ³)	382.00		
面積 (m ²)	17.7		
溢水水位 (m)	1.98		
RB-B2-5とRB-B2-6の境界は堰(0.30m)であり、溢水量をRB-B2-3、RB-B2-2、RB-B2-4、RB-B2-14、RB-B2-5、RB-B2-6の合計面積で割った水位を算出。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
無し			

区画番号	防護対象設備		溢水水位 (m)	溢水判別高さ (標高0.2m考慮) ^{*1} (m)	波水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-B2-5	RRR ポンプ(C)	RRR-PMP-0002C	2.32	0			
	RRR ポンプ(C)入口弁	E12-F004C(M)	1.30	x	機能喪失判定に影響なし	RRR(C)	
	RRR (C)ポンプ室空調機	RRR-C-ADR-6	0.07	x	機能喪失判定に影響なし	RRR(C)	
RB-B2-6	SUPP CHAMBER LEVEL (伝送器)	LT-206-79_3R	1.18	x			
	SUPP CHAMBER LEVEL (B) (伝送器)	LT-206-79_3B	1.18	x	機能喪失判定に影響なし	事故時計装(B)	

*1：各機器の機能喪失高さから床高配及び積ちぎを考慮した値(0.2m)を差し引いた値

第 2.3-5 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 3) (代表例：3/3)



【原子炉建屋 地下2階】

凡例

-  : 溢水の流れ
-  : 下階への流
-  : 上階からの流れ
-  : 溢水発生区画
-  : 伝播区画
-  : 防護対象区域境界線

第 2.3-6 図 溢水伝播経路概略図（ケース 3）（代表例）

第 2.3-9 表 没水影響評価結果 (ケース 3)

区画番号	防護対象設備		溢水水位 (m)	没水判別高さ (余裕0.2m考慮) ^{*1} (m)	没水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-B2-3 (発生区画)	水平方向地震加速度検出器	C72-N010A	2.38	0.10	×		
	水平方向地震加速度検出器	C72-N010B		0.10	×		
	鉛直方向地震加速度検出器	C72-N011A		0.10	×		
	鉛直方向地震加速度検出器	C72-N011B		0.10	×		
	RHR ポンプ(B)停止時冷却ライン入口弁	E12-F006B(M0)		1.74	×	機能喪失判定に影響なし	RHR(B), RHR(B) 冷却
	RHR ポンプ(B)入口弁	E12-F004B(M0)		1.30	×	機能喪失判定に影響なし	RHR(B), FCS(B), RHR(B) 給水
RB-B2-14	RHR (B) ポンプ室空調機	HVAC-AH2-5	0.07	×	機能喪失判定に影響なし	RHR(B), FCS(B), RHR(B) 冷却・給水	
RB-B2-2	RHR ポンプ(B)	RHR-PMP-C002B	2.38	2.32	×	機能喪失判定に影響なし	RHR(B), FCS(B), RHR(B) 冷却・給水
RB-B2-4	—	—	2.38	—	—		
RB-B2-5	—	—	2.38	—	—		
RB-B2-6	RHR ポンプ(C)	RHR-PMP-C002C	1.98	2.32	○		
	RHR ポンプ(C)入口弁	E12-F004C(M0)		1.30	×	機能喪失判定に影響なし	RHR(C)
	RHR (C) ポンプ室空調機	HVAC-AH2-6		0.07	×	機能喪失判定に影響なし	RHR(C)
	SUPP CHAMBER LEVEL (伝送器)	LT-26-79.5R		1.18	×		
	SUPP CHAMBER LEVEL (B) (伝送器)	LT-26-79.5B		1.18	×	機能喪失判定に影響なし	事故時計装(B)

※1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び揺らぎを考慮した値(0.2m)を差し引いた値

第 2.3-10 表 想定破損による没水影響評価結果まとめ (ケース 3)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：RHR(B)
 溢水量：382 (m³)

総合判定	○
評価方法 ※1	①

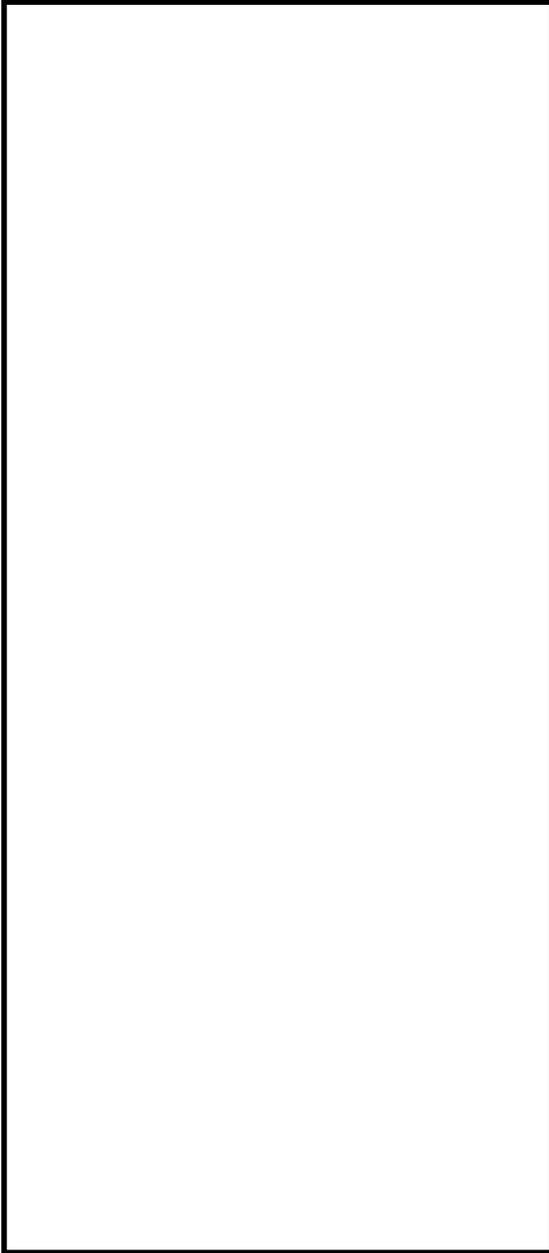
備考：RHR(B)系の破損想定のためRHR(B)系及びFCS(B)系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮らし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPSC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
														機能維持 (HCU(I) and HCU(II))
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	B系 (II系)	A系 (I系)	III系 (III系)	I系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU(I) and HCU(II)) or (SLC(A) and SLC(B))										機能維持 (RCLC(I) or RCLC(II))		機能維持 (SRV(I) or SRV(II)) or ADS(A) or ADS(B)	

評価対象	原子炉施設															
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室					
安全機能	○															
機能判定	○															
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)					
												機能維持 (RHR(A) or RHR(B))	機能維持 (FPC(A) or FPC(B) or RHR(A) or RHR(B))	機能維持 (RHR(A) or RHR(B))	機能維持 (CST or RHR(A) or RHR(B))	機能維持 (MCR-HVAC(A) or MCR-HVAC(B))
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)					
安全機能の維持	機能維持 (RHR(A) or RHR(B))										機能維持 (FPC(A) or FPC(B) or RHR(A) or RHR(B))		機能維持 (CST or RHR(A) or RHR(B))		機能維持 (MCR-HVAC(A) or MCR-HVAC(B))	

※1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)



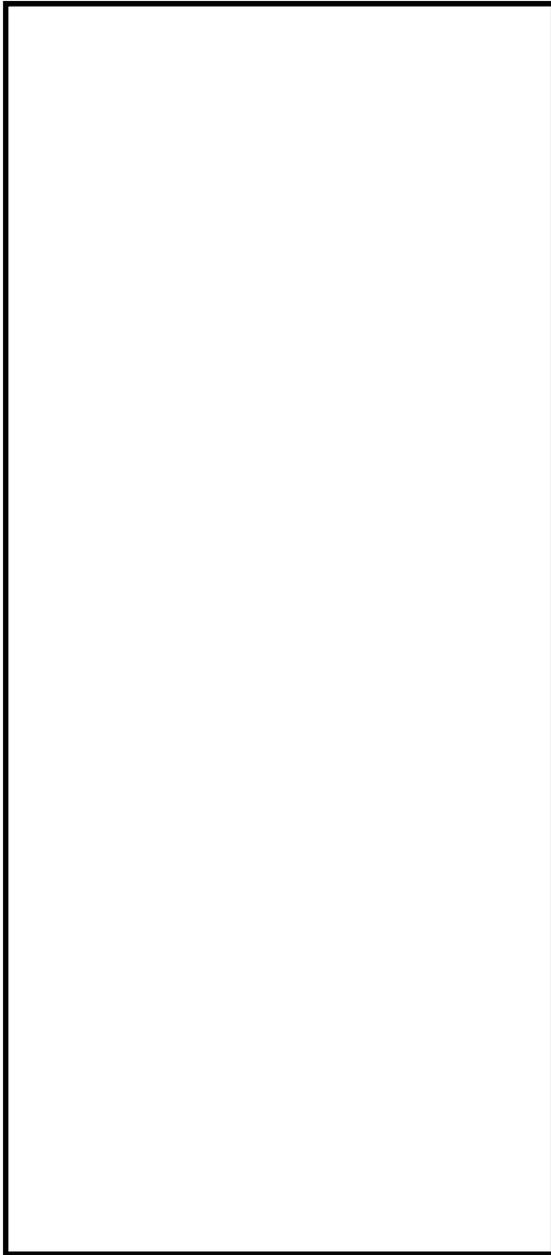
内部溢水伝播範囲

一次伝播評価			
評価対象区画	RB-5-6		
溢水量 (m ³)	133.00		
面積 (m ²)	36.10		
溢水水位 (m)	3.60		
全溢水量を面積で割った水位を算出する。RB-5-6とRB-5-6の境界は堰(0.20m)であり、RB-5-5とRB-5-2の境界は流入可能な扉であることから、溢水量をRB-5-6からRB-5-5, RB-5-2へ伝播させる。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形状	伝播開始高さ (m)	伝播有無
RB-5-5	堰	0.20	有
RB-5-2	扉	0.10	有

区画番号	防護対象設備		溢水水位 (m)	没水判別高さ (淹没0.2m考慮) ^{*1} (m)	没水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-5-6 (発生区画)	SKIMMER SURGE TANK HI LEVEL(スイッチ)	LSH-64H-N004	0.20	3.31	○		
	SKIMMER SURGE TANK LO LEVEL(スイッチ)	LSL-64H-N005		1.20	○		
	SKIMMER SURGE TANK LO LO LEVEL(スイッチ)	LSLL-64H-N006		0.50	○		
	SKIMMER SURGE TANK HI LEVEL(伝送器)	LT-64H-N100		0.25	○		

※1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び詰らぎを考慮した値(0.2m)を差し引いた値

第 2.3-7 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 4) (代表例：1/7)



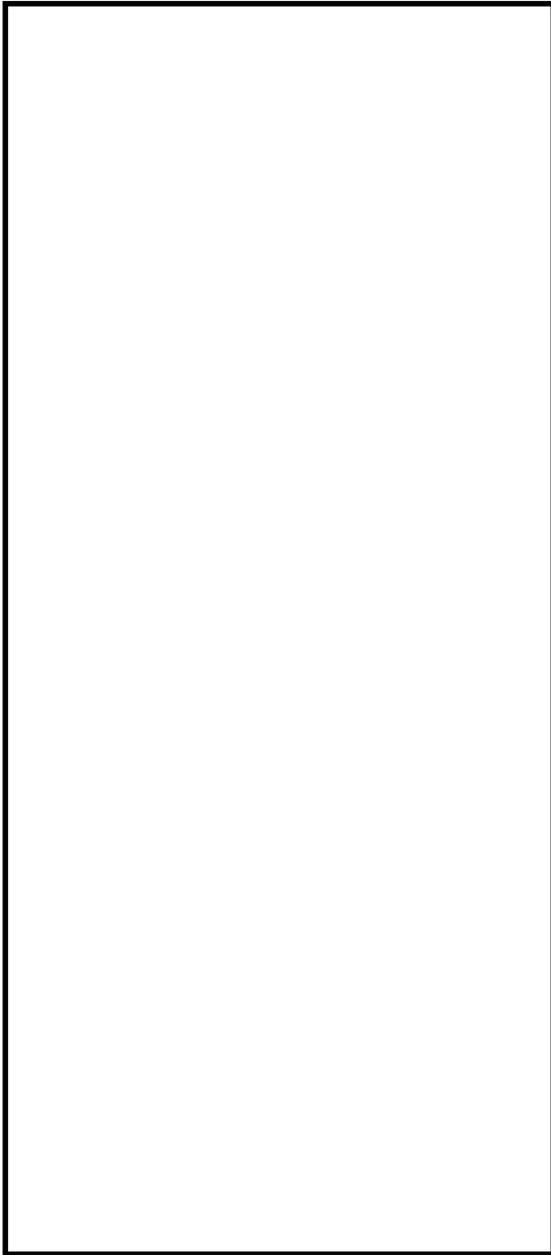
内部溢水伝播範囲

二次伝播評価		RB-5-2
評価対象区画		RB-5-2
溢水量 (m ³)		133.00
面積 (m ²)		159.10
溢水水位 (m)		0.10
RB-5-2, RB-5-5の溢水水位は堰高さ(0.15m)となる。床開口が存在するため、溢水量は下層へ伝播する。		
接続区画への伝播有無判定		
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)
RB-1-2	開口	0.10
		有
		有

区画番号	防護対象設備		溢水水位 (m)	溢水半閉高さ (余裕0.2m考慮) ^{※1} (m)	浸水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-5-6 (発注区画)	SKIMMER SURGE TANK HI LEVEL(スイッチ)	LSH-G41-N004	0.20	3.31	○		
	SKIMMER SURGE TANK LO LEVEL(スイッチ)	LSL-G41-N005		1.20	○		
	SKIMMER SURGE TANK HI LEVEL(スイッチ)	LSL-G41-N006		0.50	○		
RB-5-5	SKIMMER SURGE TANK HI LEVEL(伝感器)	LT-G41-N100		0.25	○		
RB-5-2							
			0.10				
			0.10				

※1：各機器の機能喪失高さから床高配及び揺らぎを考慮した値 (0.2m) を差し引いた値

第 2.3-7 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 4) (代表例：2/7)

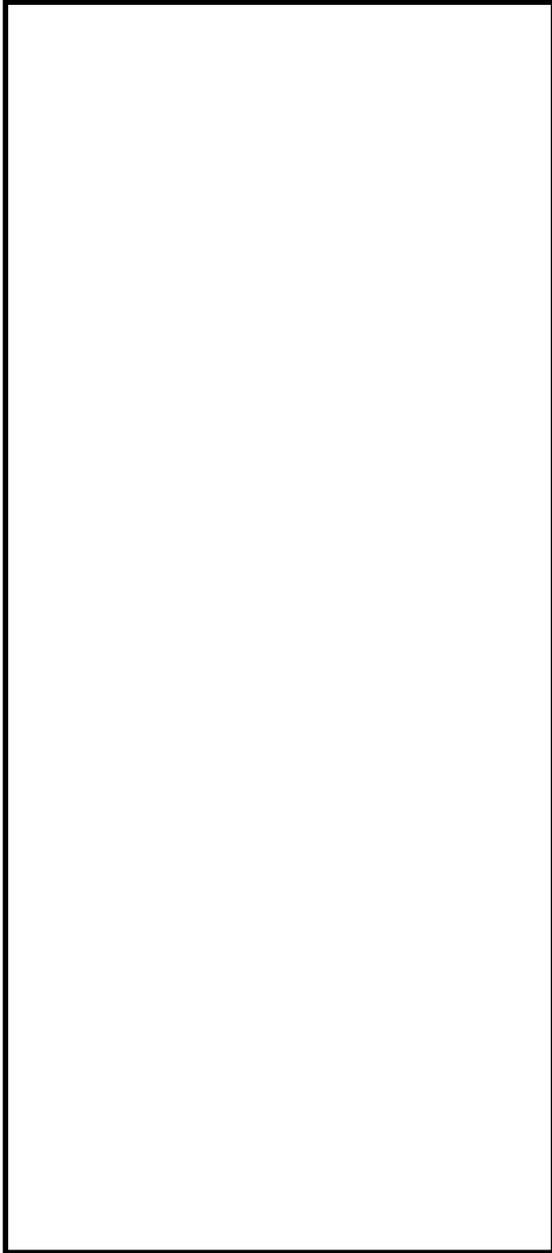


内部溢水伝播範囲

三次伝播評価		RB-1-2
評価対象区画		RB-1-2
溢水量(m ³)		133.00
面積(m ²)		258.50
溢水水位(m)		0.10
RB-1-2の溢水水位は堰高さ(0.15m)となる。床開口が存在するため、溢水量は下層へ伝播する。		
接続区画への伝播有無判定		
接続区画	境界形態	伝播開始高さ(m)
RB-B1-2	開口	0.10
		伝播有無
		有

区画番号	防護対象設備		溢水水位(m)	浸水判別高さ(貯池)※1(m)	浸水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-1-2	RBR (B)系サブプレッジョンポンプスプレイ弁	E12-F02TB(00)		1.55	○		
	FCS (B)系出口部機器弁	2-43V-3B(00)		1.60	○		
	FCS (B)系出口弁	2-43V-2B(00)		1.60	○		
	MSIVシステムリーフトレップ(B)	E52-FF000B(00)		2.32	○		
	SUPP CHAMBER PRESS	PT-26-79.52B	0.10	1.30	○		
	サブプレッジョン・チェンバースメント弁	2-26B-10(A0)		2.86	○		
	サブプレッジョン・チェンバースメント弁	2-26B-11(A0)		1.88	○		
	格納容器機能解析系サブプレッジョン弁	25-51D1(電磁弁)		1.80	○		
	格納容器機能解析系サブプレッジョン弁	25-51D2(電磁弁)		1.80	○		
	※1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び語らぎを考慮した値(0.2m)を差し引いた値						

第 2.3-7 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 4) (代表例：3/7)



内部溢水伝播範囲

四次伝播評価			
評価対象区画	RB-B1-2		
溢水量 (m ³)	133.00		
面積 (m ²)	139.40		
溢水水位 (m)	0.10		
RB-B1-2の溢水水位は堰高さ(0.10m)となる。床開口が存在するため、溢水量は下層へ伝播する。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
RB-B2-3	開口	0.10	有

区画番号	防衛対象設備		溢水水位 (m)	波高判別高さ (余裕0.2m考慮) ^{※1} (m)	溢水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-B1-2	RRR (B)系ミニエフロロー字	E12-F064B(MO)	0.10	0.30	○		
	RRR (C)系ミニエフロロー字	E12-F064C(MO)		0.30	○		
	RRR DIV-II計装ボックス	E22-F021		0.38	○		
	RRCS ボンゾテ入口弁(CST側)	E22-F001(MO)		0.61	○		
	ドライウエル真空脱酸素システム用電磁弁	2-26887(電磁弁)		1.10	○		
	ドライウエル真空脱酸素システム用電磁弁	2-26888(電磁弁)		0.70	○		
	ドライウエル真空脱酸素システム用電磁弁	2-26890(電磁弁)		0.30	○		
	ドライウエル真空脱酸素システム用電磁弁	2-26891(電磁弁)		0.70	○		
	ドライウエル真空脱酸素システム用電磁弁	2-26891(電磁弁)		1.10	○		
	※1：各機器の機能喪失高さから床高配及び裕らぎを考慮した値(0.2m)を差し引いた値						

第 2.3-7 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 4) (代表例：4/7)



内部溢水伝播範囲

五次伝播評価		評価対象区画	RB-B2-3
	伝水量 (m ³)		133.00
	面積 (m ²)		61.80
	溢水水位 (m)		0.83
RB-B2-3とRB-B2-14の境界は堰(0.30m)であり、RB-B2-3とRB-B2-2、RB-B2-3とRB-B2-4の境界は流出入可能な扉であることから、伝水量をRB-B2-2からRB-B2-3、RB-B2-14の合計面積で割った水位を算出。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
RB-B2-2	扉	0.00	有
RB-B2-4	扉	0.00	有
RB-B2-14	堰	0.30	有

五次伝播評価		評価対象区画	RB-B2-2
	伝水量 (m ³)		133.00
	面積 (m ²)		51.30
	溢水水位 (m)		0.83
RB-B2-3とRB-B2-14の境界は堰(0.30m)であり、RB-B2-3とRB-B2-2、RB-B2-3とRB-B2-4の境界は流出入可能な扉であることから、伝水量をRB-B2-2からRB-B2-3、RB-B2-14の合計面積で割った水位を算出。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
無し			

五次伝播評価		評価対象区画	RB-B2-14
	伝水量 (m ³)		133.00
	面積 (m ²)		8.90
	溢水水位 (m)		0.83
RB-B2-3とRB-B2-14の境界は堰(0.30m)であり、RB-B2-3とRB-B2-2、RB-B2-3とRB-B2-4の境界は流出入可能な扉であることから、伝水量をRB-B2-2からRB-B2-3、RB-B2-14の合計面積で割った水位を算出。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ (m)	伝播有無
無し			

第 2.3-7 図 段階毎の溢水水位の評価結果 (ケース 4) (代表例: 5/7)

五次伝播評価	
評価対象区画	RB-B2-4
溢水量 (m ³)	133.00
面積 (m ²)	38.90
溢水位 (m)	0.83
RB-B2-3とRB-B2-14の境界は堰(0.30m)であり、RB-B2-3とRB-B2-2、RB-B2-3とRB-B2-4の境界は流出入可能な扉であることから、溢水量をRB-B2-2からRB-B2-3、RB-B2-14の合計面積で割った水位を算出。	
接続区画への伝播有無判定	
接続区画	伝播開始
境界形態	高さ(m)
無し	伝播有無
	有無

区画番号	防衛対象設備		溢水位 (m)	溢水判定高さ(裕度0.2m考慮) (m)	没水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-B2-3	水平方向地震加速度検出器	C72-N010A	0.83	0.10	×		
	水平方向地震加速度検出器	C72-N010B					
	縦直方向地震加速度検出器	C72-N011A					
	縦直方向地震加速度検出器	C72-N011B					
RB-B2-14	RRポンプ(B)停止時冷却ライン入口弁	E12-F006B(0M)	0.07	0.10	○	機能喪失判定に影響なし	MHR(B)、FCS(B)、BHR(B) 処理・給水
	RRポンプ(B)入口弁	E12-F004B(0M)					
RB-B2-2	RRポンプ(B)空調機	RRAC-AH2-5	0.83	2.32	○		
RB-B2-4	RRポンプ(B)	BHR-FHP-C02B	0.83	—	—		

※1：各機器の機能喪失高さから床高配及の揺らぎを考慮した値(0.2m)を差し引いた値

第2.3-7 図 段階毎の溢水水位の評価結果(ケース4) (代表例：6/7)



内部溢水伝播範囲

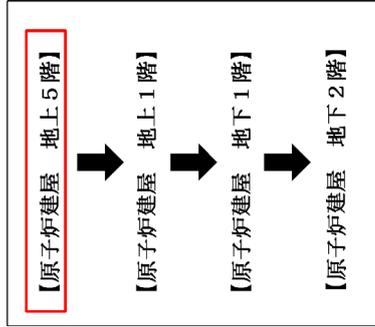
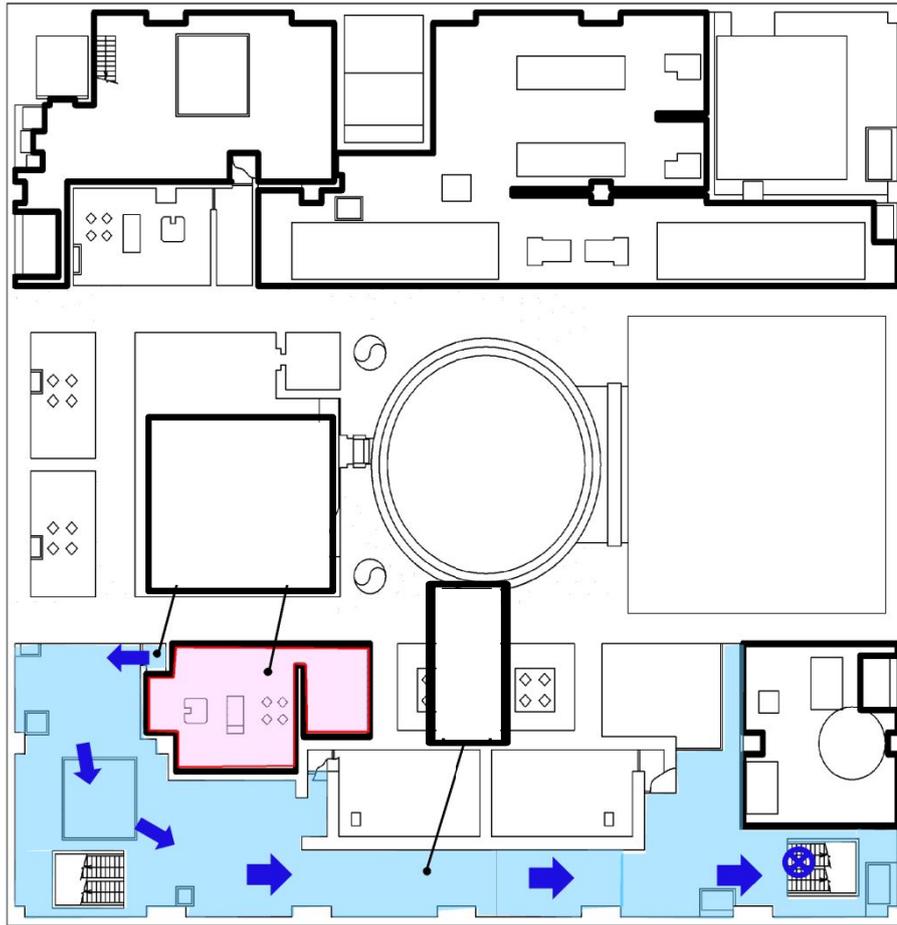
六次伝播評価		評価対象区画	
RB-B2-5	133.00	RB-B2-5	133.00
溢水量(m ³)	15.00	面積(m ²)	17.70
溢水位(m)	0.69	溢水量(m ³)	133.00
RB-B2-14とRB-B2-5の境界は流出入可能な扉、RB-B2-5とRB-B2-6との境界は扉(0.30m)であり、RB-B2-14より伝播する。溢水量をRB-B2-2からRB-B2-6、RB-B2-14の合計面積で割った水位を算出。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ(m)	伝播有無
RB-B2-6	扉	0.30	有

六次伝播評価		評価対象区画	
RB-B2-6	17.70	RB-B2-6	133.00
溢水量(m ³)	0.69	面積(m ²)	17.70
溢水位(m)	0.69	溢水量(m ³)	133.00
RB-B2-14とRB-B2-5の境界は流出入可能な扉、RB-B2-5とRB-B2-6との境界は扉(0.30m)であり、RB-B2-14より伝播する。溢水量をRB-B2-2からRB-B2-6、RB-B2-14の合計面積で割った水位を算出。			
接続区画への伝播有無判定			
接続区画	境界形態	伝播開始高さ(m)	伝播有無
無し			有無

区画番号	防護対象設備		溢水位(m)	没水判別高さ(精度0.2m考慮) ^{*1} (m)	没水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号					
RB-B2-5	RHR ポンプ(C)	RHR-FMP-C002C	0.69	2.32	○		
	RHR ポンプ(C)入口弁	E12-F004C(M)		1.30	○		
RB-B2-6	RHR (C)ポンプ室空調機	HVAC-AH2-6	0.69	0.07	○	止水対策実施	
	SUPP CHAMBER LEVEL (伝送器)	LT-26-79.5R		1.18	○		
	SUPP CHAMBER LEVEL (B) (伝送器)	LT-26-79.5B		1.18	○		

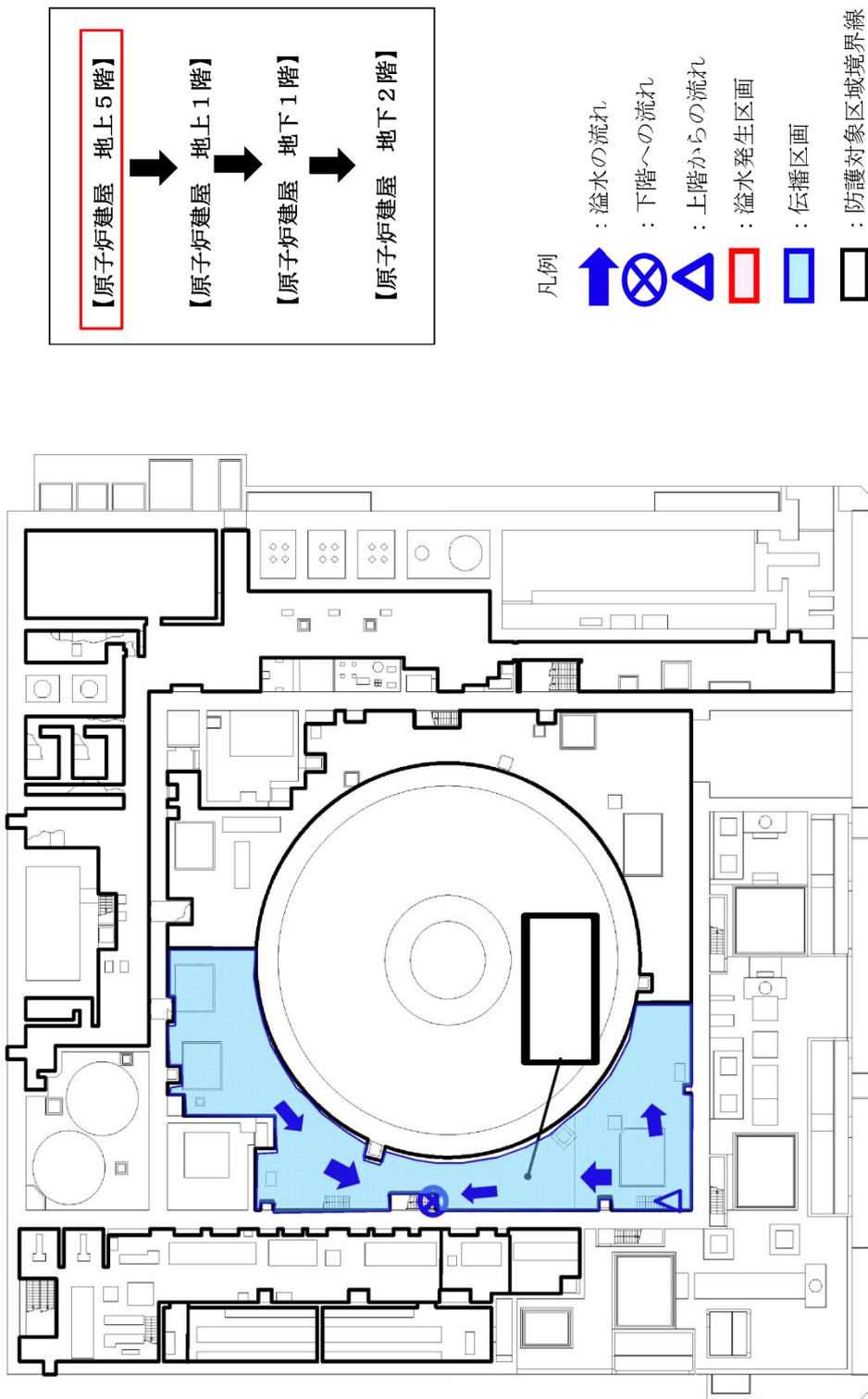
*1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び揺らぎを考慮した値(0.2m)を差し引いた値

第2.3-7 図 段階毎の溢水水位の評価結果(ケース4) (代表例：7/7)

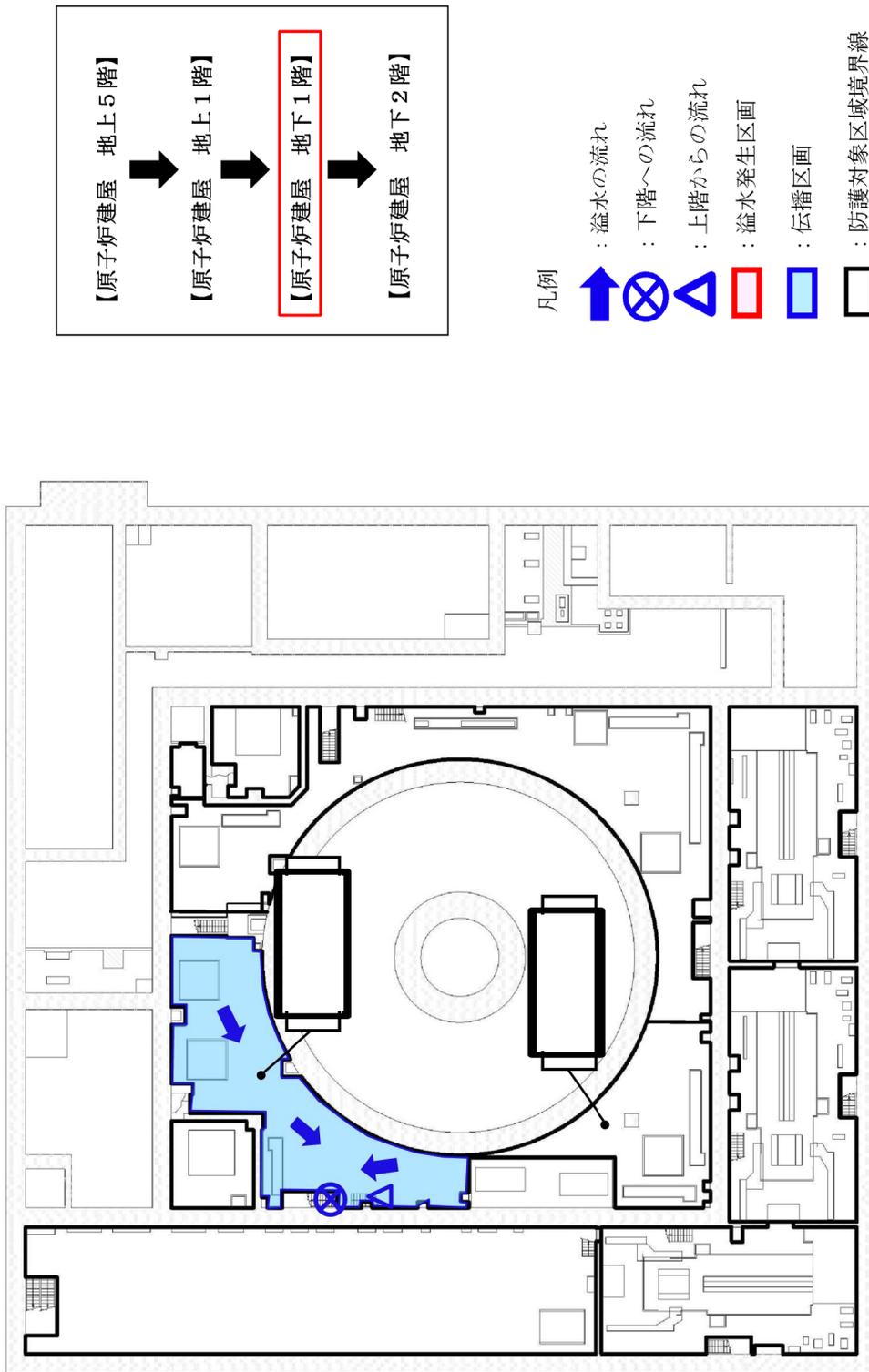


- 凡例
- ↑ : 溢水の流れ
 - ⊗ : 下階への流れ
 - △ : 上階からの流れ
 - (red) : 溢水発生区画
 - (blue) : 伝播区画
 - (black) : 防護対象区域境界線

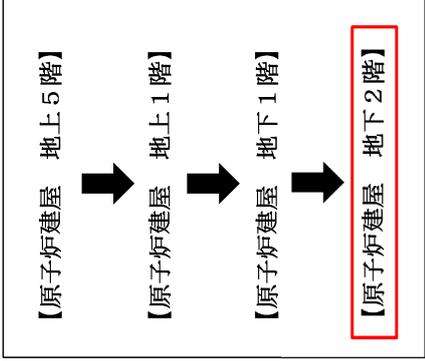
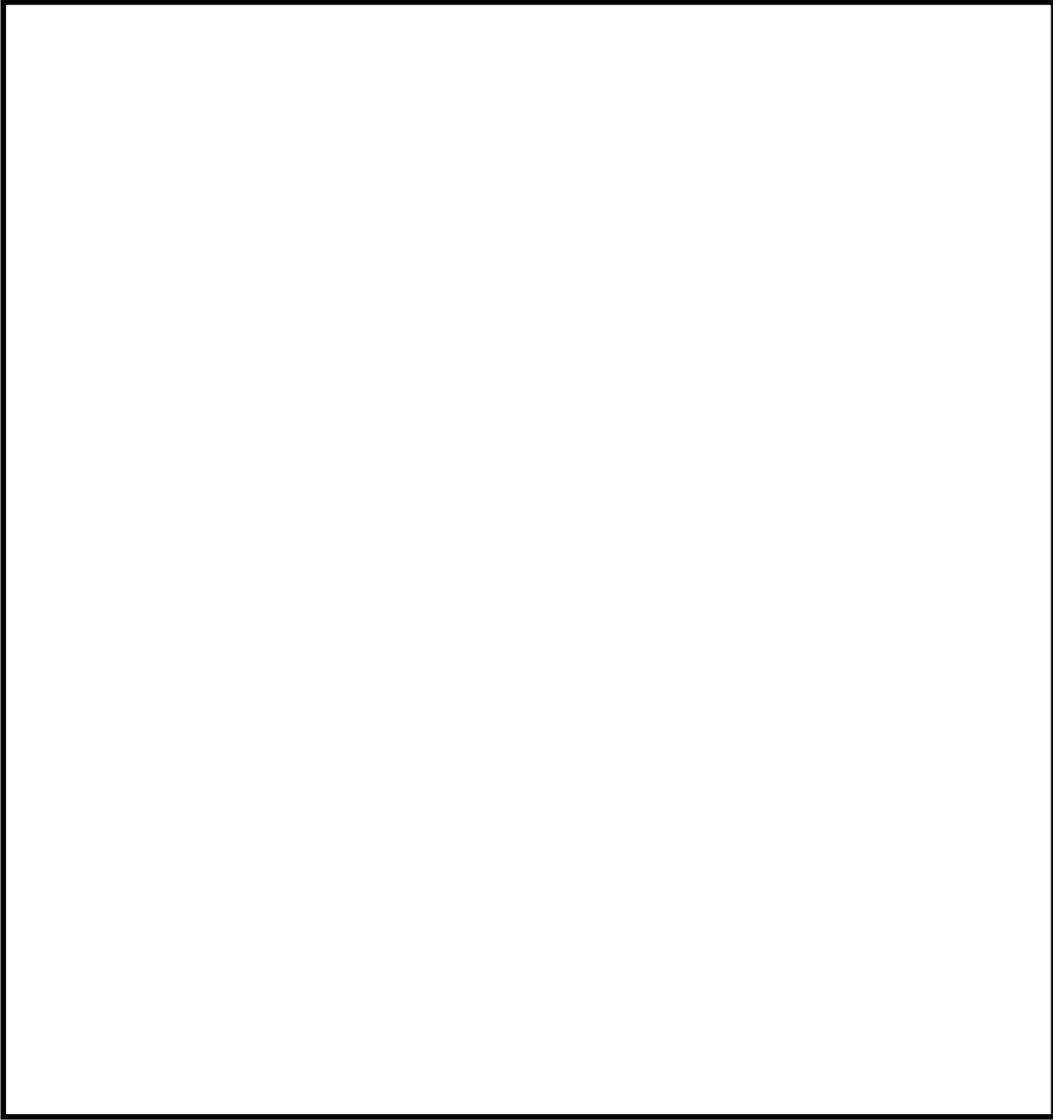
第 2.3-8 図 溢水伝播経路概略図 (ケース 4) (代表例: 1/4)



第 2.3-8 図 溢水伝播経路概略図 (ケース 4) (代表例: 2/4)



第 2.3-8 図 溢水伝播経路概略図（ケース 4）（代表例：3/4）



- 凡例
-  : 溢水の流れ
 -  : 下階への流れ
 -  : 上階からの流れ
 -  : 溢水発生区画
 -  : 伝播区画
 -  : 防護対象区域境界線

第 2.3-8 図 溢水伝播経路概略図 (ケース 4) (代表例: 4/4)

第 2.3-11 表 浸水影響評価結果 (ケース 4)

区画番号	防護対象設備		機器番号	浸水水位 (m)	浸水判別高さ (精度0.2m考慮) ^{※1} (m)	浸水判定	備考	機能喪失系統
	設備名称	機器番号						
RB-5-6 (発生区画)	SKIMMER SURGE TANK HI LEVEL(スイッチ)	LSH-G41-N004		3.31	○			
	SKIMMER SURGE TANK LO LEVEL(スイッチ)	LSL-G41-N005		1.20	○			
	SKIMMER SURGE TANK LO LEVEL(スイッチ)	LSLL-G41-N006		0.50	○			
	SKIMMER SURGE TANK HI LEVEL(伝送器)	LT-G41-N100		0.25	○			
RB-5-5	—	—	—	—	—			
RB-5-2	—	—	—	0.10	—			
RB-5-7	—	—	—	0.10	—			
RB-5-10	—	—	—	0.10	—			
RB-1-2	RHR (B)系サブレンションポンプスブレイ弁	E12-F027B(M)		1.55	○			
	FCS (B)系出口管隔離弁	2-43V-3R(M)		1.60	○			
	FCS (B)系出口弁	2-43V-2R(M)		1.60	○			
	MSIVシステムリリークドレン弁(B)	E32-FF009R(M)		2.32	○			
	SUPP CHAMBER PRESS	PT-26-79-52B		1.30	○			
	サブレンション・チェンバメント弁	2-26B-10(A)		2.86	○			
	サブレンション・チェンバメント弁	2-26B-11(A)		1.88	○			
	格納容器酸素分析系サブレンシング弁	25-51D1(電磁弁)		1.80	○			
	格納容器酸素分析系サブレンシング弁	25-51D2(電磁弁)		1.80	○			
	RHR (B)系ミニフロー弁	E12-F064B(M)		0.30	○			
	RHR (C)系ミニフロー弁	E12-F064C(M)		0.30	○			
	RHR DIV-II計装フック	H22-F021		0.38	○			
	HPCS ポンプ入口弁 (CST側)	E22-F001(M)		0.61	○			
	ドライウエル真空破棄弁アスタム用電磁弁	2-26V87(電磁弁)		1.10	○			
ドライウエル真空破棄弁アスタム用電磁弁	2-26V88(電磁弁)		0.70	○				
ドライウエル真空破棄弁アスタム用電磁弁	2-26V89(電磁弁)		0.30	○				
ドライウエル真空破棄弁アスタム用電磁弁	2-26V90(電磁弁)		0.70	○				
ドライウエル真空破棄弁アスタム用電磁弁	2-26V91(電磁弁)		1.10	○				
RB-B1-6	—	—	0.10	—	—			
	水平方向地震加速度検出器	C72-N010A		0.10	×			
	水平方向地震加速度検出器	C72-N010B		0.10	×			
	鉛直方向地震加速度検出器	C72-N011A		0.10	×			
	鉛直方向地震加速度検出器	C72-N011B		0.10	×			
RB-B2-3	RHR ポンプ(B)停止時冷却ライ入口弁	E12-F006B(M)	0.83	—				
	RHR ポンプ(B)入口弁	E12-F004B(M)		1.74	○			
	RHR (B) ポンプ室空調機	HVAC-AH2-5		1.30	○			
RB-B2-14	RHR ポンプ(B)	RHR-PWP-C002B	0.83	0.07	×	機能喪失判定に影響なし	RHR (B), FCS (B), RHR (B) 台架・給水	
RB-B2-2	—	—	0.83	2.32	○			
RB-B2-5	RHR ポンプ(C)	RHR-PWP-C002C	0.69	2.32	○			
	RHR ポンプ(C)入口弁	E12-F004C(M)		1.30	○			
RB-B2-6	RHR (C) ポンプ室空調機	HVAC-AH2-6		0.07	○	止水対策実施		
	SUPP CHAMBER LEVEL (伝送器)	LT-26-79-5R	0.69	1.18	○			
RB-B2-4	SUPP CHAMBER LEVEL (B) (伝送器)	LT-26-79-5B	0.83	1.18	○			
	—	—	0.83	—	—			

※1：各機器の機能喪失高さから床勾配及び掃ろぎを考慮した値 (0.2m) を差し引いた値

第 2.3-12 表 想定破損による没水影響評価結果まとめ (ケース 4)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：MLW
 溢水量：133 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

※ 1

備考：

評価対象	原子炉施設																					
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮らし機能											
安全機能	○																					
機能判定	○																					
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)		水圧制御ユニット (HCU)		ほう酸水注入系 (SLC)		自動減圧系 (ADS)		残留熱除去系 (RHR)		低圧炉心スプレイ系 (LPSC)		高圧炉心スプレイ系 (HPCS)		原子炉隔離時冷却系 (RCLC)		高圧炉心スプレイ系 (HPCS)		速がし安全弁 (SRV)		自動減圧系 (ADS)	
	系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU(I) and HCU(II))		機能維持 (HCU(I) and HCU(II)) or (SLC(A) and SLC(B))		機能維持 (ADS(A) and (RHR(A) or LPCS))		機能維持 (ADS(B) and (RHR(B) or RHR(C)))		機能維持 (RHR(B) or RHR(C))		機能維持 (HPCS)		機能維持 (RCLC or HPCS)		機能維持 (SRV(I・II) or ADS(A) or ADS(B))		機能維持 (SRV(I・II) or ADS(A) or ADS(B))		機能維持 (SRV(I・II) or ADS(A) or ADS(B))		機能維持 (SRV(I・II) or ADS(A) or ADS(B))	

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)		非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)		可燃性ガス濃度制御系 (FCS)		燃料プール冷却系 (FPC)		残留熱除去系 (RHR)		燃料プール補給水系 (CST)		中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	
	系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	
安全機能の維持	機能維持 (RHR(A) or RHR(B))		機能維持 (FRWS・SGTS(A) or (FRWS・SGTS(B)))		機能維持 (FCS(A) or FCS(B))		機能維持 (FPC(A) or FPC(B))		機能維持 (RHR(A) or RHR(B))		機能維持 (CST or RHR(A) or RHR(B))		機能維持 (MCR-HVAC(A) or MCR-HVAC(B))	

※ 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

2.4 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）

本資料では、想定破損による没水影響評価に関して、「2.3 想定破損による没水影響評価について」にて示した評価手法により、全ての想定破損ケースで算出した各区画の水位を用いた設計基準対象施設に対する評価結果を示す。なお、溢水量の算出は、任意の区画内において、破損を想定する系統毎に行い、その系統内のうち最大溢水量を用いて評価する。

溢水防護対象設備を内包する建屋は以下のとおりである。

- ・原子炉建屋原子炉棟
- ・原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟）
- ・原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟以外）
- ・タービン建屋
- ・海水ポンプ室
- ・復水貯蔵タンクエリア
- ・排気筒モニタ室
- ・常設代替高圧電源装置置場（カルバート，立坑含む）

原子炉建屋原子炉棟における溢水源，最終滞留区画及びその最終滞留水位について第2.4-1表に，評価において考慮した区画分離図を第2.4-1図に示す。

原子炉建屋原子炉棟，原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟），原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟以外），海水ポンプ室及び常設代替高圧電源装置置場（カルバート，立坑含む）における，没水による溢水防護対象設備の機能喪失を踏まえたプラントの安全機能維持が確保されていることを確認した結果を第2.4-2表～第2.4-6表に示す。なお，タービン建屋内及び復水貯蔵タンクエリア内に設置されるすべての防護対象設備の機能喪失を想定した場合でも，代替する設備があり，また発生する溢水は他の区画へ伝播することはないため，プラントの安全機能維持は確保される。また，排気筒モニタ室については溢水源が存在しないため，プラントの安全機能維持は確保される。

第 2.4-1 表 想定破損没水影響評価纏め(1/7)

発生区画	区画分離	区画内系統 想定破損系統(溢水量最大黒枠部)	溢水量 ^{*1} (m ³)	系統略称	最終滞留エリア	最終滞留水位 ^{*2} (m)	他区画への影響
		原子炉補機冷却系	298	RCW			
		屋内消火系	33	FP	西側サンプ	1.54	東側エリアへの 伝播影響無し。
		復水・純水移送系	127	MUW			
		原子炉補機冷却系	298	RCW	東側サンプ	3.9	西側エリアへの 伝播影響無し。
		復水・純水移送系	144	MUW			
		屋内消火系	33	FP			
		ドライウエル冷却系(原子炉補機冷却系)	298	DHC(RCW)	西側サンプ	1.54	東側エリアへの 伝播影響無し。
		屋内消火系	33	FP			
		ドライウエル冷却系(原子炉補機冷却系)	298	DHC(RCW)	西側サンプ	1.54	東側エリアへの 伝播影響無し。
		ほう酸水注入系	22	SLC			
		復水・純水移送系	124	MUW			
		ドライウエル冷却系(原子炉補機冷却系)	298	DHC(RCW)	西側サンプ	1.54	東側エリアへの 伝播影響無し。
		無し	0	—	—	—	—
		復水・純水移送系	133	MUW	西側サンプ	0.69	東側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW	—	—	—
		無し	0	—	—	—	—
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW	西側サンプ	0.28	東側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW	西側サンプ	0.28	東側エリアへの 伝播影響無し。
		無し	0	—	—	—	—
		復水・純水移送系	133	MUW	東側サンプ	1.74	西側エリアへの 伝播影響無し。
		燃料プールの冷却浄化系	83	FPC			
		復水・純水移送系	133	MUW	東側サンプ	1.74	西側エリアへの 伝播影響無し。
		無し	0	—	—	—	—
		復水・純水移送系	138	MUW	東側サンプ	1.81	西側エリアへの 伝播影響無し。
		無し	0	—	—	—	—
		原子炉補機冷却系	298	RCW			
		ドライウエル冷却系(原子炉補機冷却系)	298	DHC(RCW)			
		燃料プールの冷却浄化系	83	FPC			
		原子炉隔離時冷却系	288	RCIC			
		残留熱除去系	190	RHR(A)			
		屋内消火系	33	FP			
		復水・純水移送系	144	MUW	東側サンプ	3.9	西側エリアへの 伝播影響無し。

第 2.4-1 表 想定破損没水影響評価纏め (2/7)

発生区画	区画分離	区画内系統 想定破損系統(溢水量最大黒種部)	溢水量 ^{*1} (m ³)	系統略称	最終滞留エリア	最終滞留水位 ^{*2} (m)	他区画への影響
		ドライウェル冷却系(原子炉補機冷却系)	298	DHC(RCW)			
		原子炉補機冷却系	267	RCW			
		復水・純水移送系	154	MUW	西側サンプ	1.54	東側エリアへの 伝播影響無し。
		屋内消火系	33	FP			
		原子炉冷却材浄化系(復水・純水移送系)	128	CUW			
		残留熱除去系海水系	99	RHRS(B)			
		残留熱除去系	324	RHR(A)			
		燃料プール冷却浄化系	83	FPC	東側サンプ	4.23	西側エリアへの 伝播影響無し。
		無し	0	—	—	—	—
		燃料プール冷却浄化系	83	FPC	西側サンプ	0.43	東側エリアへの 伝播影響無し。
		燃料プール冷却浄化系	83	FPC	東側サンプ	1.09	西側エリアへの 伝播影響無し。
		燃料プール冷却浄化系	83	FPC	東側サンプ	1.09	西側エリアへの 伝播影響無し。
		無し	0	—	—	—	—
		燃料プール冷却浄化系	83	FPC	東側サンプ	1.09	西側エリアへの 伝播影響無し。
		無し	0	—	—	—	—
		無し	0	—	—	—	—
		原子炉補機冷却系	267	RCW	西側サンプ	1.38	東側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW			
		無し	0	—	—	—	—
		無し	0	—	—	—	—
		原子炉補機冷却系	298	RCW			
		燃料プール冷却浄化系	83	FPC	東側サンプ	3.9	西側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW			
		無し	0	—	—	—	—
		原子炉補機冷却系	298	RCW			
		燃料プール冷却浄化系	83	FPC	東側サンプ	3.9	西側エリアへの 伝播影響無し。
		復水・純水移送系	154	MUW			
		無し	0	—	—	—	—
		原子炉補機冷却系	267	RCW			
		燃料プール冷却浄化系	83	FPC	東側サンプ	3.49	西側エリアへの 伝播影響無し。
		無し	0	—	—	—	—
		無し	0	—	—	—	—
		屋内消火系	33	FP	東側サンプ	0.44	西側エリアへの 伝播影響無し。
		復水・純水移送系	130	MUW	東側サンプ	1.7	西側エリアへの 伝播影響無し。

第 2.4-1 表 想定破損没水影響評価纏め (3/7)

発生区分画	区分分離	区内系統 想定破損系統 (溢水量最大黒枠部)	溢水量 ^{※1} (m ³)	系統略称	最終滞留エリア	最終滞留水位 ^{※2} (m)	他区分画への影響
		残留熱除去系	324	RHR(A)			
		燃料プールの冷却浄化系	83	FPC			
		低圧炉心スプレイ系	300	LPCS			
		原子炉隔離時冷却系	288	RCIC			
		屋内消火系	50	FP			
		残留熱除去系海水系	99	RHRS(A)	東側サンプ	4.23	西側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉補機冷却系	298	RCW			
		制御棒駆動系	68	CRD			
		復水・純水移送系	144	MUW			
		ドライウエル冷却系 (原子炉補機冷却系)	298	DHC(RCW)			
		残留熱除去系	382	RHR(B)			
		復水・純水移送系	127	MUW			
		燃料プールの冷却浄化系	83	FPC	西側サンプ	1.98	東側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉補機冷却系	267	RCW			
		制御棒駆動系	68	CRD			
		高圧炉心スプレイ系	378	HPCS			
		残留熱除去系	382	RHR(C)	東側サンプ	1.66	西側エリアへの 伝播影響無し。
		復水・純水移送系	127	MUW			
		制御棒駆動系	68	CRD			
		残留熱除去系	119	RHR(A)	西側サンプ	0.66	東側エリアへの 伝播影響無し。
		復水・純水移送系	127	MUW			
		屋内消火系	33	FP			
		制御棒駆動系	68	CRD			
		原子炉再循環系	1	PLR	西側サンプ	最大0.07	東側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉再循環系	1	PLR	東側サンプ	最大0.06	西側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉補機冷却系	267	RCW			
		復水・純水移送系	154	MUW	西側サンプ	1.38	東側エリアへの 伝播影響無し。
		残留熱除去系	382	RHR(B)			
		残留熱除去系	382	RHR(C)	西側サンプ	1.98	東側エリアへの 伝播影響無し。
		無し	0		—	—	—
		給水系	289	FDW			
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW	西側サンプ	1.5	東側エリアへの 伝播影響無し。
		タービン補機冷却系	223	TCW			
		残留熱除去系	324	RHR(A)	東側サンプ	4.23	西側エリアへの 伝播影響無し。
		残留熱除去系	324	RHR(B)	西側サンプ	1.68	東側エリアへの 伝播影響無し。

第 2.4-1 表 想定破損没水影響評価纏め (4/7)

発生区画	区画分離	区内系統 想定破損系統(溢水量最大黒枠部)	溢水量 ^{*1} (m ³)	系統略称	最終滞留エリア	最終滞留水位 ^{*2} (m)	他区画への影響
		残留熱除去系	382	RHR(B)	西側サンプ	1.98	東側エリアへの 伝播影響無し。
		残留熱除去系海水系	267	RHR(S)(B)	東側サンプ	3.49	西側エリアへの 伝播影響無し。
		無し	0	—	—	—	—
		無し	0	—	—	—	—
		残留熱除去系	324	RHR(A)			
		屋内消火系	50	FP			
		低圧炉心スプレイ系	300	LPCS			
		原子炉隔離時冷却系	288	RCIC	東側サンプ	4.23	西側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉補機冷却系	298	RCW			
		復水・純水移送系	144	MUW			
		ドライウェル冷却系(原子炉補機冷却系)	298	DHC(RCW)			
		残留熱除去系	382	RHR(B)			
		残留熱除去系	382	RHR(C)			
		屋内消火系	50	FP	西側サンプ	1.98	東側エリアへの 伝播影響無し。
		制御機駆動系	68	CRD			
		復水・純水移送系	154	MUW			
		原子炉補機冷却系	276	RCW			
		高圧炉心スプレイ系	378	HPCS			
		原子炉補機冷却系	267	RCW	西側サンプ	1.38	東側エリアへの 伝播影響無し。
		復水・純水移送系	127	MUW			
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW			
		原子炉補機冷却系	267	RCW	西側サンプ	1.38	東側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW			
		原子炉補機冷却系	267	RCW	西側サンプ	1.38	東側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW			
		残留熱除去系	382	RHR(A)			
		屋内消火系	50	FP			
		低圧炉心スプレイ系	300	LPCS			
		原子炉隔離時冷却系	288	RCIC	東側サンプ	4.99	西側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉補機冷却系	298	RCW			
		復水・純水移送系	154	MUW			
		残留熱除去系	382	RHR(B)			
		残留熱除去系	382	RHR(C)			
		復水・純水移送系	154	MUW			
		原子炉補機冷却系	298	RCW	西側サンプ	1.98	東側エリアへの 伝播影響無し。
		制御機駆動系	68	CRD			
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW			
		屋内消火系	50	FP			
		高圧炉心スプレイ系	378	HPCS			

第 2.4-1 表 想定破損没水影響評価纏め (5/7)

発生区画	区画分離	区画内系統 想定破損系統(溢水量最大黒枠部)	溢水量 ^{※1} (m ³)	系統略称	最終滞留エリア	最終滞留水位 ^{※2} (m)	他区画への影響
		残留熱除去系	382	RHR(A)	RHR(A) 熱交廻り	5.45	西側エリアへの 伝播影響無し。
		復水・純水移送系	144	MUW	—	—	—
		無し	0	—	—	—	—
		無し	0	—	—	—	—
		無し	0	—	—	—	—
		残留熱除去系	382	RHR(B)	西側サンプ	1.98	東側エリアへの 伝播影響無し。
		残留熱除去系海水系	272	RHR(S)(B)	—	—	—
		残留熱除去系	382	RHR(A)	東側サンプ	4.99	西側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉補機冷却系	298	RCW	—	—	—
		低圧炉心スプレイ系	300	LPCS	—	—	—
		原子炉隔離時冷却系	288	RCIC	—	—	—
		屋内消火系	92	FP	—	—	—
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW	—	—	—
		復水・純水移送系	154	MUW	—	—	—
		補助系	9	—	—	—	—
		残留熱除去系	382	RHR(B)	—	—	—
		復水・純水移送系	325	MUW	—	—	—
		原子炉補機冷却系	298	RCW	—	—	—
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW	西側サンプ	1.98	東側エリアへの 伝播影響無し。
		屋内消火系	92	FP	—	—	—
		高圧炉心スプレイ系	287	HPCS	—	—	—
		補助系	9	—	—	—	—
		残留熱除去系	382	RHR(C)	—	—	—
		復水・純水移送系	382	RHR(B)	—	—	—
		残留熱除去系	272	RHR(S)(B)	西側サンプ	1.98	東側エリアへの 伝播影響無し。
		残留熱除去系海水系	144	MUW	—	—	—
		屋内消火系	50	FP	—	—	—
		残留熱除去系	382	RHR(A)	RHR(A) 熱交廻り	5.45	西側エリアへの 伝播影響無し。
		残留熱除去系海水系	272	RHR(S)(A)	—	—	—
		復水・純水移送系	144	MUW	—	—	—
		原子炉冷却材浄化系	54	CUW	—	—	—
		残留熱除去系海水系	272	RHR(S)(A)	東側サンプ	3.56	西側エリアへの 伝播影響無し。
		復水・純水移送系	144	MUW	—	—	—
		無し	0	—	—	—	—
		無し	0	—	—	—	—

第 2.4-1 表 想定破損没水影響評価纏め (6/7)

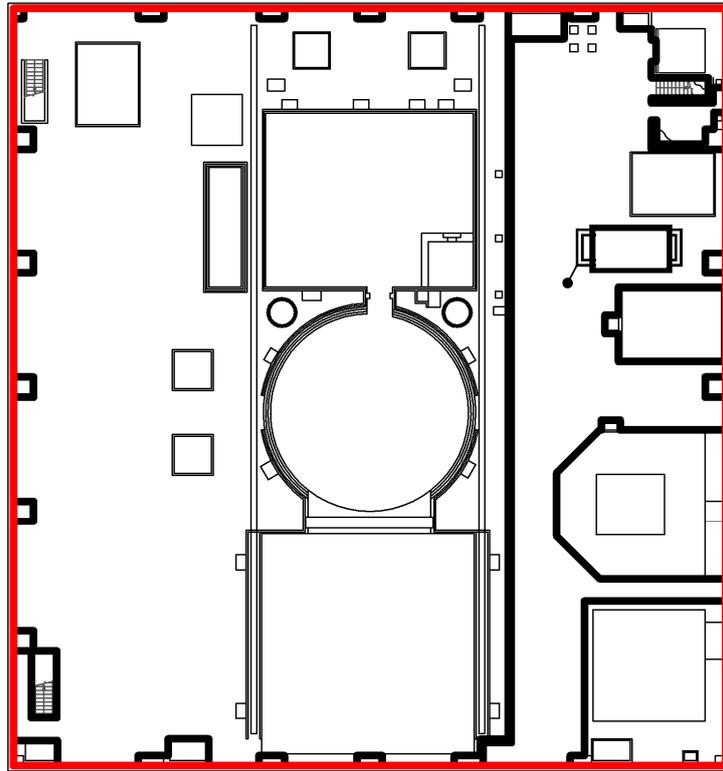
発生区画	区画分離	区内系統 想定破損系統(溢水量最大黒幹部)	溢水量 ^{※1} (m ³)	系統略称	最終滞留エリア	最終滞留水位 ^{※2} (m)	他区画への影響
		残留熱除去系	382	RHR(B)			
		原子炉補機冷却系	276	RCW		1.98	東側エリアへの伝播影響無し。
		屋内消火系	9	FP	西側サンプ		
		補助系					
		復水・純水移送系	163	MUW			
		制御棒駆動系	68	CRD			
		復水・純水移送系	163	MUW			
		原子炉補機冷却系	276	RCW			
		残留熱除去系海水系	359	RHR(A)(B)	西側サンプ	1.96	東側エリアへの伝播影響無し。
		高圧炉心スプレイ系	378	HPCS			
		補助系	9				
		原子炉補機冷却系	267	RCW			
		高圧炉心スプレイ系	131	HPCS	HPCSポンプ室	5.19	東側エリアへの伝播影響無し。
		補助系	9				
		高圧炉心スプレイ系	62	HPCS-DGSW			
		高圧炉心スプレイ系	287	HPCS			
		屋内消火系	33	FP	西側サンプ	1.49	東側エリアへの伝播影響無し。
		原子炉補機冷却系	267	RCW			
		補助系	9				
		残留熱除去系	382	RHR(B)			
		屋内消火系	33	FP			
		残留熱除去系海水系	108	RHRS(B)	西側サンプ	1.98	東側エリアへの伝播影響無し。
		高圧炉心スプレイ系	287	HPCS			
		復水・純水移送系	131	MUW			
		残留熱除去系	382	RHR(B)	西側サンプ	1.98	東側エリアへの伝播影響無し。
		残留熱除去系海水系	272	RHRS(B)			
		屋内消火系	33	FP			
		残留熱除去系	382	RHR(C)			
		復水・純水移送系	131	MUW	西側サンプ	1.98	東側エリアへの伝播影響無し。
		残留熱除去系海水系	99	RHRS(B)			
		屋内消火系	33	FP			
		残留熱除去系	382	RHR(C)			
		復水・純水移送系	131	MUW	西側サンプ	1.98	東側エリアへの伝播影響無し。
		残留熱除去系海水系	99	RHRS(B)			
		残留熱除去系	382	RHR(A)	RHR (A) ポンプ室	全没水	西側エリアへの伝播影響無し。
		復水・純水移送系	131	MUW			
		残留熱除去系	382	RHR(A)			
		原子炉隔離時冷却系	183	RCIC			
		残留熱除去系海水系	108	RHRS(A)	RHR (A) 熱交換器	5.45	西側エリアへの伝播影響無し。
		復水・純水移送系	154	MUW			
		屋内消火系	33	FP			

第 2.4-1 表 想定破損没水影響評価纏め(7/7)

発生区画	区画分離	区画内系統 想定破損系統(溢水量最大黒枠部)	溢水量※1 (m ³)	系統略称	最終滞留エリア	最終滞留水位※2 (m)	他区画への影響
		残留熱除去系	382	RHR(A)			
		残留熱除去系海水系	272	RHR(S(A))	RHR(A) 熱交廻り	5.45	西側エリアへの 伝播影響無し。
		屋内消火系	33	FP			
		原子炉隔離時冷却系	288	RCIC			
		残留熱除去系海水系	108	RHR(S(A))	RCICポンプ室	4.76	西側エリアへの 伝播影響無し。
		屋内消火系	33	FP			
		原子炉補機冷却系	267	RCW	東側サンブ	3.49	西側エリアへの 伝播影響無し。
		屋内消火系	33	FP			
		残留熱除去系海水系	108	RHR(S(A))	東側サンブ	3.92	西側エリアへの 伝播影響無し。
		補助系	9				
		低圧炉心スプレイス	300	LPCS			
		残留熱除去系海水系	108	RHR(S(A))	東側サンブ	3.92	西側エリアへの 伝播影響無し。
		原子炉補機冷却系	267	RCW			
		低圧炉心スプレイス	300	LPCS	東側サンブ	3.92	西側エリアへの 伝播影響無し。
		屋内消火系	69	FP			
		残留熱除去系海水系	108	RHR(S(A))			
		原子炉補機冷却系	267	RCW			
		残留熱除去系	382	RHR(B)			
		残留熱除去系海水系	108	RHR(S(B))	西側サンブ	1.98	東側エリアへの 伝播影響無し。
		屋内消火系	33	FP			
		復水・純水移送系	131	MUW			
		残留熱除去系	382	RHR(A)			
		残留熱除去系海水系	108	RHR(S(A))	RHR(A)ポンプ室	全没水	西側エリアへの 伝播影響無し。
		無し	0				
		原子炉隔離時冷却系	183	RCIC			
		残留熱除去系海水系	108	RHR(S(A))	RCICポンプ室	3.02	西側エリアへの 伝播影響無し。
		屋内消火系	33	FP			
		高圧炉心スプレイス	378	HPCS			
		原子炉補機冷却系	267	RCW	HPCSポンプ室	全没水	東側エリアへの 伝播影響無し。
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機(海水系)	62	HPCS-DGSW			
		高圧炉心スプレイスディーゼル発電機(海水系)	52	HPCS-DGSW			
		高圧炉心スプレイス	40	HPCS	HPCSポンプ室	1.01	東側エリアへの 伝播影響無し。
		補助系	9				

※1：溢水量については、各区画内敷設配管最大口径より算定。

※2：最終滞留水位算定において、想定破損系統（黒枠部）の溢水量より算定。



(EL. +46.50m)

— : 西側エリア

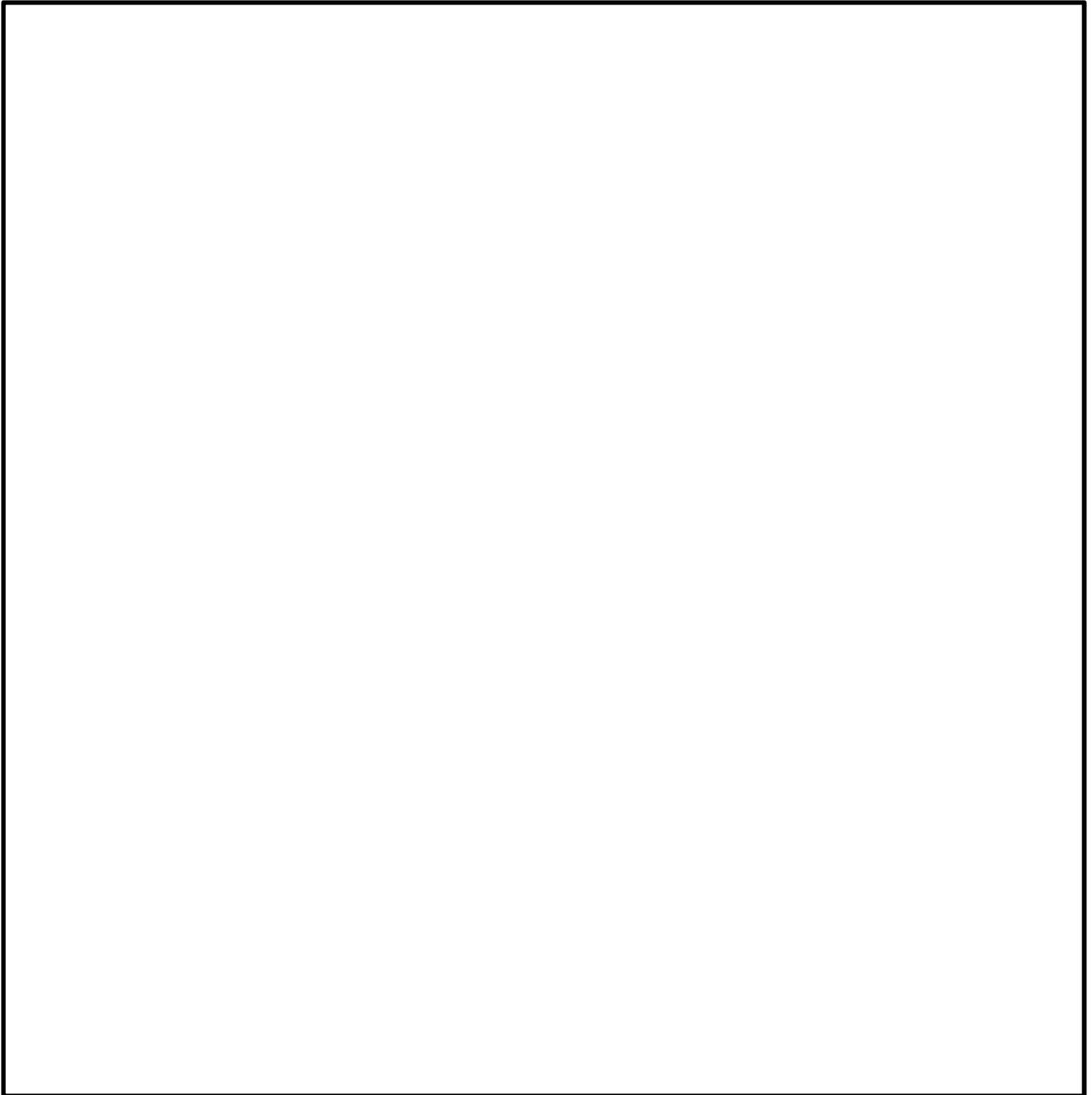
補足：当該エリアでの溢水は、西側床開口が伝播経路となるため、当該エリアは、西側エリアとする。

第 2.4-1 図 区画分離図 (1/10)



— : 東側エリア
— : 西側エリア

第 2.4-1 図 区画分離図 (2/10)



— : 東側エリア
— : 西側エリア

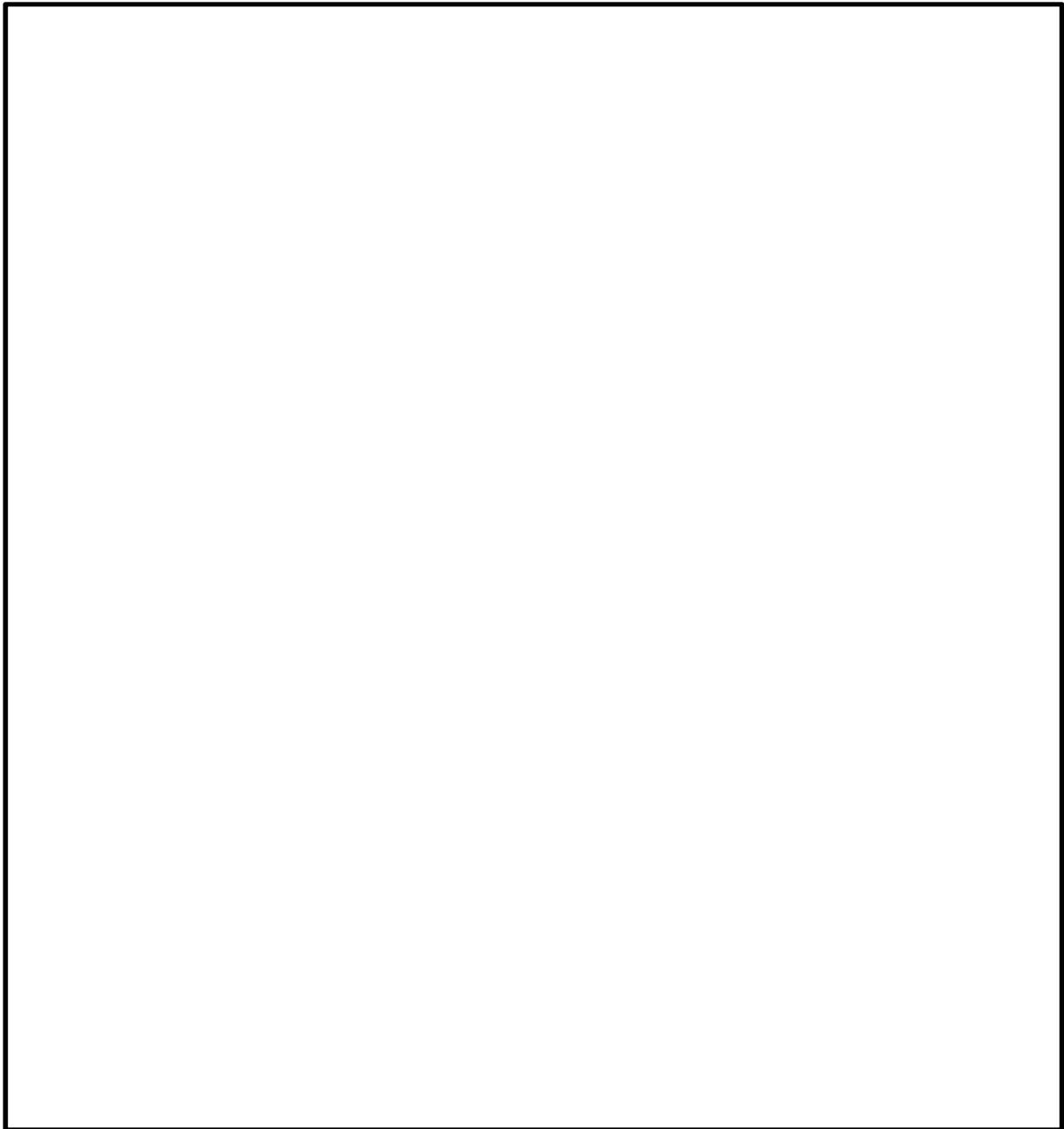
第 2.4-1 図 区画分離図 (3/10)



— : 東側エリア

— : 西側エリア

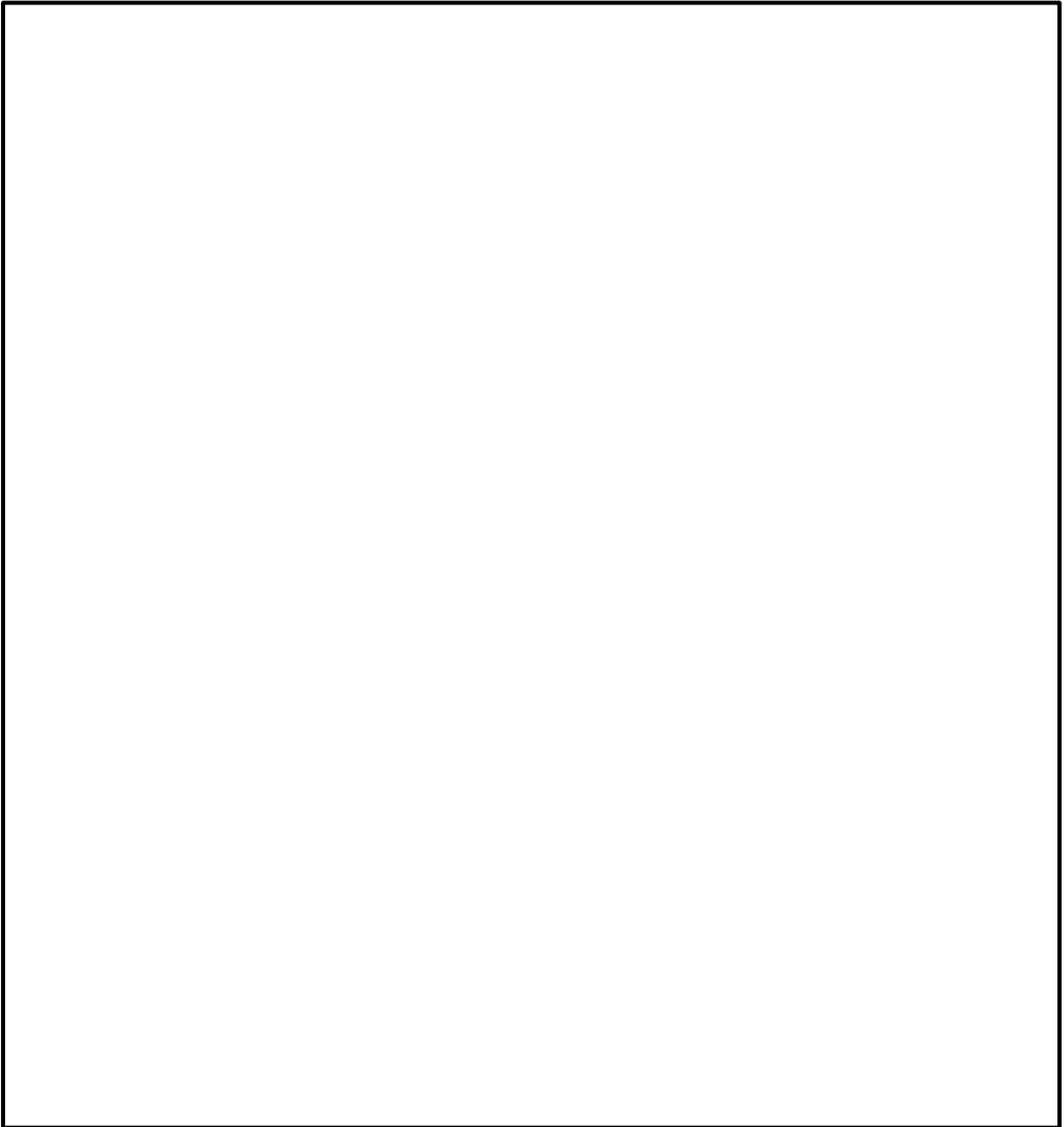
第 2.4-1 図 区画分離図(4/10)



— : 東側エリア

— : 西側エリア

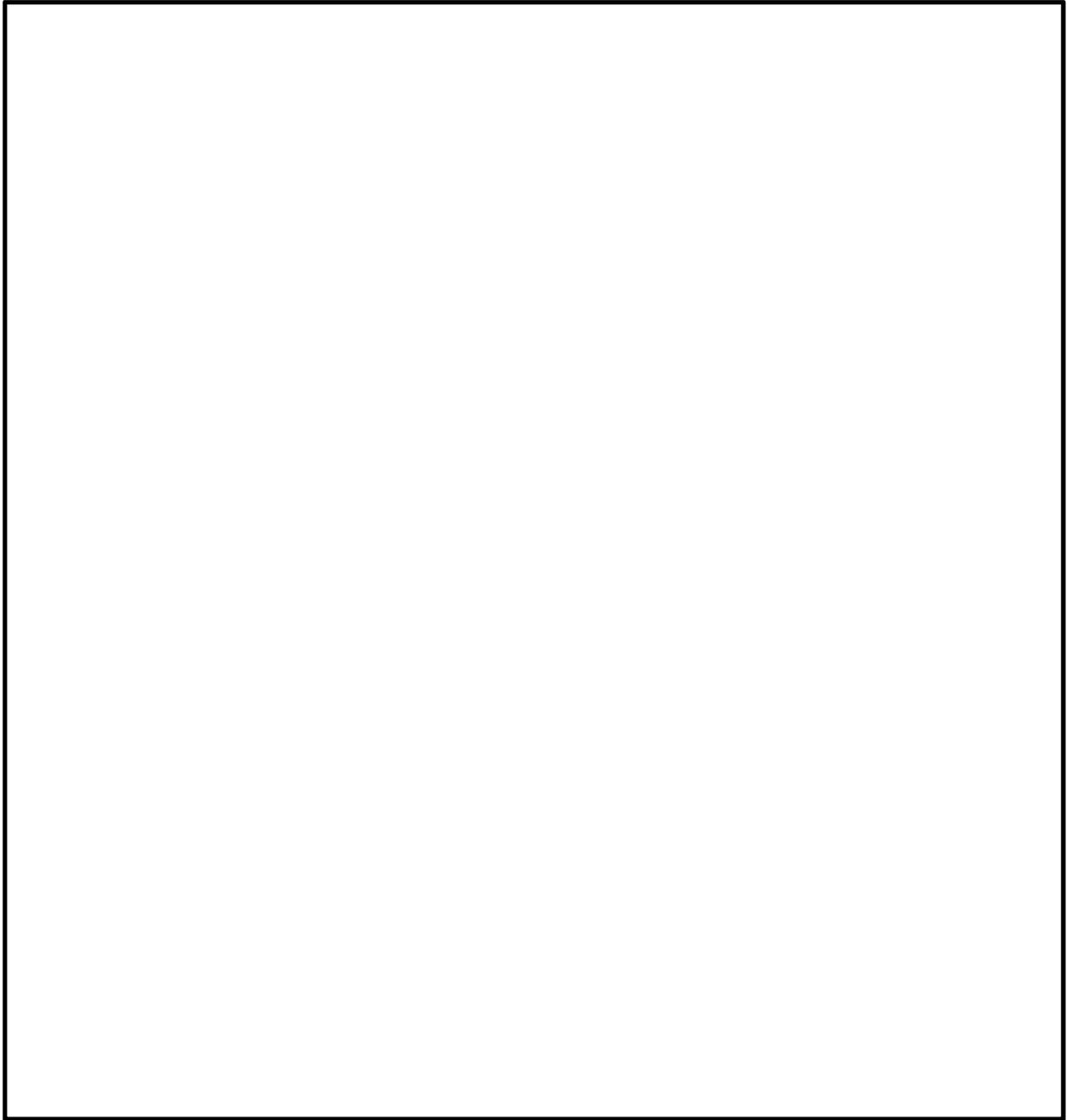
第 2.4-1 図 区画分離図(5/10)



— : 東側エリア

— : 西側エリア

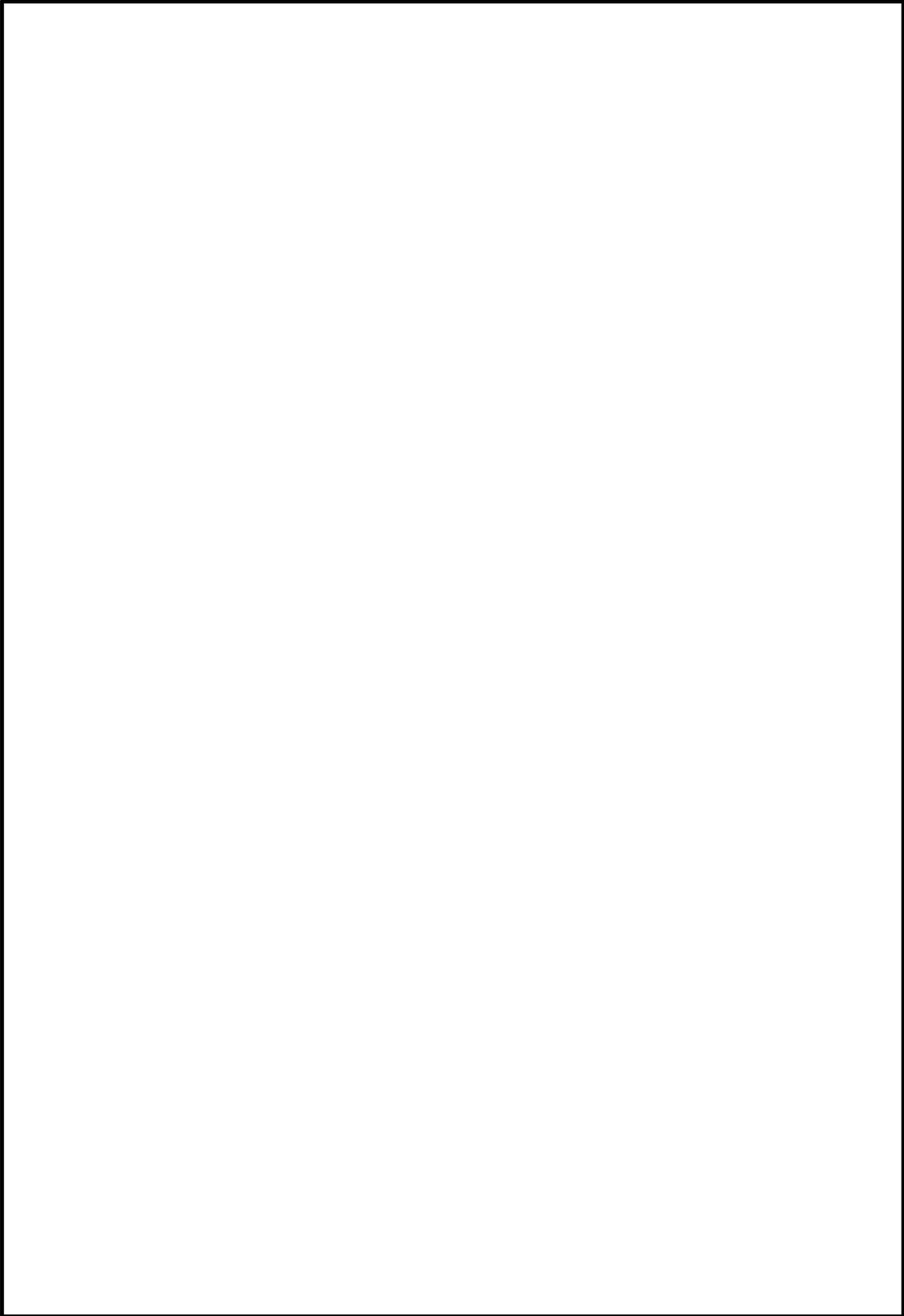
第 2.4-1 図 区画分離図 (6/10)



— : 東側エリア

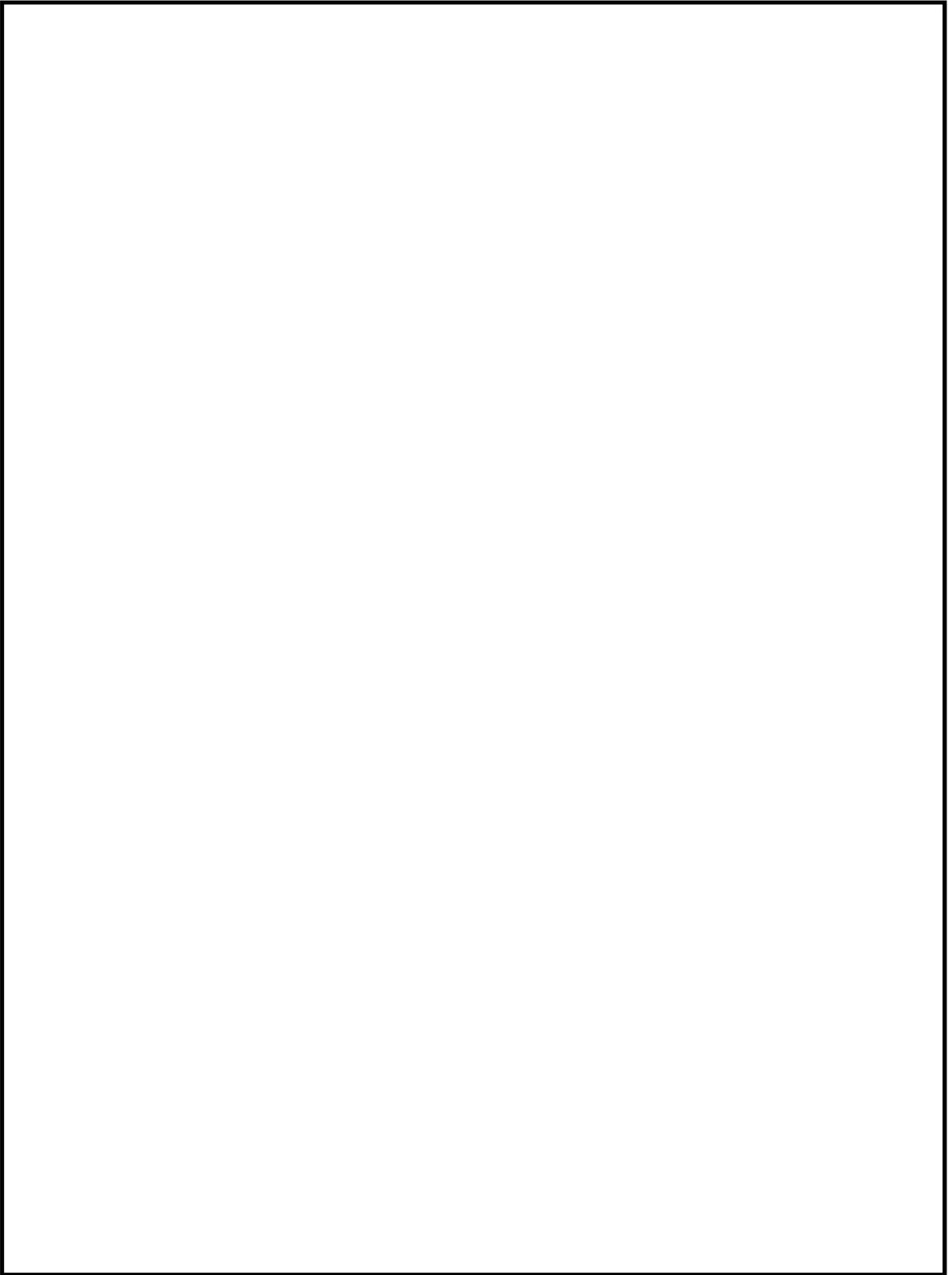
— : 西側エリア

第 2.4-1 図 区画分離図(7/10)

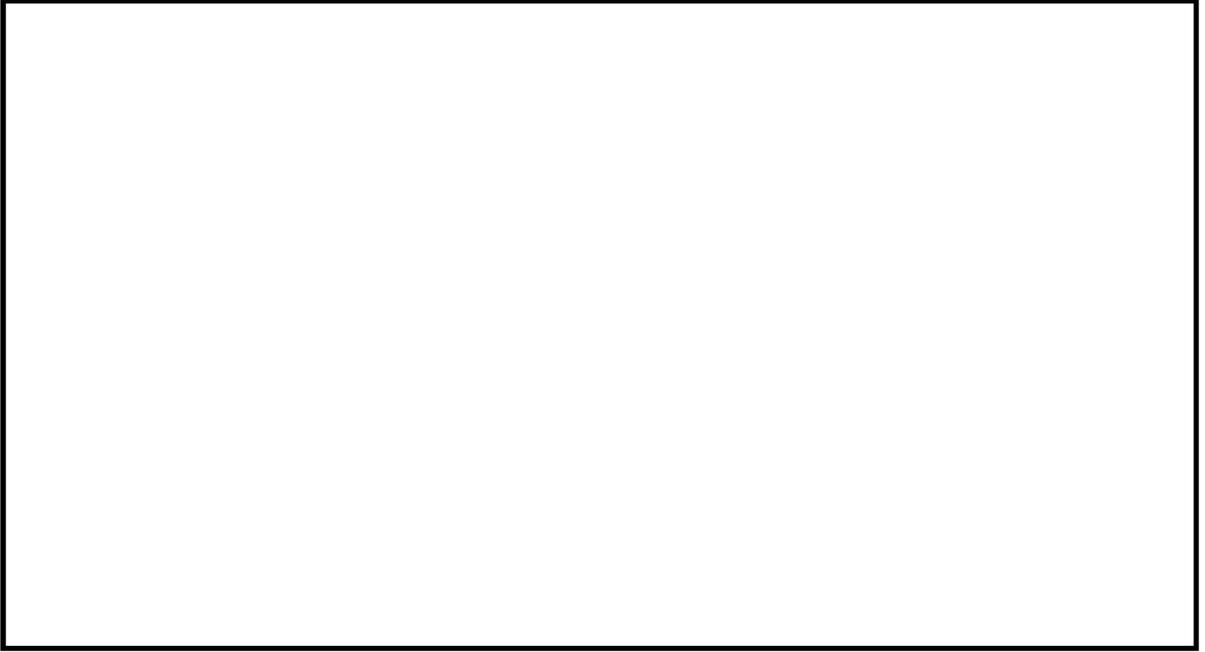


第 2.4-1 図 区画分離図 (8/10)

補-2.4-16



第 2.4-1 図 区画分離図(9/10)



第 2.4-1 図 区画分離図(10/10)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (1/99)

評価種別：想定

溢水発生区画：

溢水源：RCW

溢水量：298 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

原子炉施設	
高温停止機能	○
原子炉隔離時注水機能	○
逃がし安全弁 (SRV)	○
自動減圧系 (ADS)	○

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能	閉じ込め機能	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	監視機能	冷却機能	使用済燃料プール	給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	監視機能	冷却機能	使用済燃料プール	給水機能	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 A系 (I系)	機能維持 B系 (II系)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (2/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画	①
溢水源：RCW	
溢水量：298 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○														
機能判定	○														
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(III系)	B系 (II系)	C系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (FRWS・SGTS)	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (3/99)

評価種別：想定

溢水発生区画：

溢水源：RCW

溢水量：298 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
*1	

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))		機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))				機能維持 (RCIC or HPCS)		SRV (I・II)		機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	×	○	×	○	×	○	○	○	×	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))		

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (4/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：RCW	
溢水量：298 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○														
機能判定	○														
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(III系)	B系 (II系)	C系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))		機能維持 (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))		機能維持 (RCIC or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))		機能維持		

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FCS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (5/99)

評価種別：想定 溢水発生区画： 	総合判定 ○
溢水源：RCW	評価方法 ①
溢水量：298 (m ³)	*1

備考：RCW系の破損想定のためFPC (A) 系及びFPC (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))													

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (6/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	—
溢水源：無し	
溢水量：0 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (FRWS・SGTS)	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能
	系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	中央制御室換気機能 (MCR-HVAC)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (7/99)

評価種別：想定	総合判定 ○	備考
溢水発生区画：	評価方法 ①	
溢水源：MLW	*1	
溢水量：133 (m ³)		

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(I・II系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))												
安全機能の維持	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or RHR (C)))												
安全機能の維持	機能維持 (RCLC or HPCS)												
安全機能の維持	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))												

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	
												(I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))											
安全機能の維持	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))											
安全機能の維持	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))											
安全機能の維持	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))											
安全機能の維持	機能維持 (PCIS and FRWS・SGTS and FCS)											
安全機能の維持	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))											
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))											
安全機能の維持	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))											
安全機能の維持	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))											

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (8/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画：	評価方法	-
溢水源：無し	*1	
溢水量：0 (m ³)		

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))					

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (9/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：CIW	
溢水量：54 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(III系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (FRWS・SGTS)	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
	系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (10/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：CUW	
溢水量：54 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(I・II系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (11/99)

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画： 	評価方法	—	
溢水源：無し	*1	—	
溢水量：0 (m ³)			

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(III系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												
	機能維持 (RHR (A) and RHR (B)) or RHR (C)												
	機能維持 (ADS (A) and ADS (B)) or ADS (C)												
	機能維持 (RHR (A) and RHR (B)) or RHR (C)												
	機能維持 (RCLC or HPCS)												
	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))										
	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))										
	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))										
	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))										
	機能維持 (A系 or B系)										
	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))										
	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))										
	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (12/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：MLW	
溢水量：133 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
			A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FCS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (13/99)

評価種別：想定

溢水発生区画：

溢水源：MLW

溢水量：133 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
*1	

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (FRWS・SGTS)	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール			給水機能		中央制御室
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
	系列 (安全区分)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (14/99)

評価種別：想定	○	備考
溢水発生区画：	—	
溢水源：無し		
溢水量：0 (m ³)		

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○														
機能判定	○														
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(III系)	B系 (II系)	C系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))										機能維持 (RCIC or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))		

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))		機能維持 (A系 or B系)		機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (15/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：MLW
 溢水量：138 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(I・II系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気調整系 (MCR-HVAC)	中央制御室
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (PCIS (I) or PCIS (II)) or (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B)) or (FCS (A) or FCS (B)) or (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (16/99)

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画： 	評価方法	—	
溢水源：無し	*1	—	
溢水量：0 (m ³)			

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												
系列の判定	機能維持 (RHR (A) and RHR (B)) or RHR (C)												
安全機能の維持	機能維持 (RCIC or HPCS)												
系列の判定	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))										
系列の判定	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II)) or RHR (A) or RHR (B)										
安全機能の維持	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))										
系列の判定	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))										
安全機能の維持	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										
系列の判定	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (17/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画	①
溢水源：RCW	
溢水量：298 (m ³)	

備考：

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(I・II系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (18/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画	①
溢水源：RCW	
溢水量：298 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(I・II系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))					

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (19/99)

評価種別：想定 溢水発生区画	○
溢水源：RHR (A)	①
溢水量：324 (m ³)	*1

備考：RHR (A) 系の破損想定のためRHR (A) 系及びPCS (A) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(II系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))												

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (20/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	—
溢水源：無し	
溢水量：0 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
			— (I系)	— (II系)	— (I系)	— (I系)	— (III系)	— (II系)	— (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))				

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS・SGTS (A) or FCS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (21/99)

評価種別：想定 溢水発生区画： 	総合判定 ○
溢水源：FPC	評価方法 ①
溢水量：83 (m ³)	*1

備考：FPC系の破損想定のためFPC (A) 系及びFPC (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(II系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (FRWS・SGTS) or (FRWS・SGTS and FCS)	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能	
安全機能	○									
機能判定	○									
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	中央制御室換気機能 (MCR-HVAC)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or (FRWS・SGTS (B) and FCS))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (22/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画	①
溢水源：FPC	
溢水量：83 (m ³)	

備考：FPC系の破損想定のためFPC (A) 系及びFPC (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(II系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気調整系 (MCR-HVAC)	中央制御室
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (PCIS (I) or PCIS (II)) or (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B)) or (FCS (A) or FCS (B)) or (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)) or (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (23/99)

評価種別：想定 溢水発生区画： <input type="checkbox"/>	総合判定 ○
溢水源：FPC 溢水量：83 (m ³)	評価方法 ① *1

備考：FPC系の破損想定のためFPC (A) 系及びFPC (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設																	
	緊急停止機能		未臨界維持機能			高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能							
安全機能	○																	
機能判定	○																	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	原子炉隔離時注水機能	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(II系)	(II系)	(II系)	(II系)	(III系)	(I系)	(I系)	(I・II系)	(I系)	(II系)	
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (PCIS and FRVS・SGTS)	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (LPCS (I) or LPCS)	機能維持 (LPCS (I) or LPCS)	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径；系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (24/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画	—
溢水源：無し	
溢水量：0 (m³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(I・II系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))						

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	水圧制御ユニット (HCU)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (25/99)

評価種別：想定 溢水発生区画： 	総合判定 ○
溢水源：FPC	評価方法 ①
溢水量：83 (m ³)	*1

備考：FPC系の破損想定のためFPC (A) 系及びFPC (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(III系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 FRSV・SGTS (A) or FCS (B)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS)	機能維持 HPCS	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRSV・SGTS (A) or FCS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (26/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	—
溢水源：無し	
溢水量：0 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(II系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (FCS (A) or FCS (B)) or (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)) or (CST or RHR (A) or RHR (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (27/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	—
溢水源：無し	
溢水量：0 (m³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (PCIS (I) or PCIS (II)) or (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B)) or (FCS) or (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)) or (RHR) or (CST) or (SRV (I・II) or RHR (B)) or (ADS (A) or ADS (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (28/99)

評価種別：想定 溢水発生区画： 	総合判定 ○
溢水源：RCW	評価方法 ①
溢水量：267 (m ³)	*1

備考：RCW系の破損想定のためFPC (A) 系及びFPC (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能				
安全機能	○														
機能判定	○														
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(III系)	B系 (II系)	C系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (FRWS・SGTS)	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (HPCS)	SRV (I・II)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (29/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	—
溢水源：無し	
溢水量：0 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(I・II系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (PCIS (I) or PCIS (II)) or (FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)) or (FCS (A) or FCS (B)) or (A系 or B系) or (機能維持 A系 or RHR (A) or RHR (B)) or (機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)) or (機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)) or (機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (30/99)

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画： 	評価方法	—	
溢水源：無し	*1	—	
溢水量：0 (m ³)			

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(III系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (FRWS・SGTS)	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS (I) or LPCS (II))	機能維持 (HPCS (I) or HPCS (II))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS (I) or HPCS (II))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	SRV (I・II)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能	
安全機能	○									
機能判定	○									
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	中央制御室換気機能 (MCR-HVAC)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (31/99)

評価種別：想定 溢水発生区画： 	総合判定 ○
溢水源：RCW	評価方法 ①
溢水量：298 (m ³)	*1

備考：RCW系の破損想定のためFPC (A) 系及びFPC (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(III系)	(I系)	(I・II系)	(I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (32/99)

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画： 	評価方法	—	
溢水源：無し	*1	—	
溢水量：0 (m ³)			

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (FCS (A) or FCS (B)) or (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)) or (CST or RHR (A) or RHR (B)) or (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (33/99)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：RCW	
溢水量：298 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能				手動逃がし機能
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設												
	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール				中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	給水機能	中央制御室	中央制御室換気機能
													(I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))												

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2. 4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (34/99)

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画： 	評価方法	-	
溢水源：無し	*1		
溢水量：0 (m ³)			

評価対象	原子炉施設										手動逃がし機能		
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	原子炉隔離時注水機能					
安全機能	○	○	○				○	○			○		
機能判定	○	○	○				○	○			○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	C系 (Ⅱ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 {HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RHR (B) or RHR (C)	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										中央制御室	
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能				冷却機能	使用済燃料プール				給水機能
安全機能	○	○	○				○	○			○	○
機能判定	○	○	○				○	○			○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (C)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (C)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径、系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径、系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (35/99)

評価種別：想定	総合判定	○
没水発生区画： 	評価方法	①
溢水量：RCW	*1	
溢水量：267 (m ³)		

備考：RCW系の破損想定のためFPC (A) 系及びFPC (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○				○		○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) × (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I・II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)			
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (36/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画：	評価方法	-
溢水源：無し	*1	
溢水量：0 (m ³)		

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○								○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (A) or RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○	○	○		○		○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 {RHR (A) or RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (37/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：無し
 溢水量：0 (m³)

総合判定	○
評価方法	※1

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		
安全機能	○										○	○	
機能判定	○										○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能			
安全機能	○										○	○
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系	中央制御室換気系	中央制御室換気系
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (38/99)

評価種別：想定 溢水発生区画： 溢水源：FP 溢水量：33 (m ³)	総合判定 ○	備考
	評価方法 ①	
	*1	

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能			
安全機能	○										○	○		
機能判定	○										○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能	○										○	○	○	○
機能判定	○										○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)				

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (39/99)

評価種別：想定	○	備考
溢水発生区画：	①	
溢水源：MIW		
溢水量：130 (m³)		

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPSC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (LPSC (A) or LPCS)	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (HPCS)	SRV (I・II)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (40/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：RHR (A)
 溢水量：324 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考：当該評価はRHR (A) 系の破損想定とし、RHR (A) 系及びFCS (A) 系を機能喪失とする

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却系 (RHR)									
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (RHR (I) or RHR (II))									

* ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (41/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：RHR (B)
 溢水量：382 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
*1	

備考：当該区画 (RB-3-2) の最大溢水源はRHR (B) (C) 系となるため、各系統の破損想定にて評価
 当該評価はRHR (B) 系の破損想定とし、RHR (B) 系及びHPCS (B) 系を機能喪失とする

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPSC)	高圧炉心スプレイ系 (HPSC)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPSC)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPSC)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPSC)	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	燃料プールの残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気機能				
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))					

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (42/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：〇
 溢水源：RHR (C)
 溢水量：382 (m³)

総合判定	〇
評価方法	①
*1	

備考：当該区画 (RB-3-2) の最大溢水源はRHR (B) (C) 系となるため、各系統の破損想定にて評価
 当該評価はRHR (C) 系の破損想定とし、RHR (C) 系を機能喪失とする

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動遮らし機能		
安全機能	〇												
機能判定	〇												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPSC)	高圧炉心スプレイ系 (HPSC)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPSC)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPSC)	遮らし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	〇	〇	〇	〇	〇	〇	〇	×	〇	〇	〇	〇	〇
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	SRV (I・II)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	〇										
機能判定	〇										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	燃料プールの残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気機能				
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	〇	〇	〇	〇	〇	〇	〇	〇	〇	〇	〇
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))					

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (43/99)

評価種別：想定 溢水発生区画： <input type="text"/>	総合判定 ○	備考：
溢水源：MLW	評価方法 ①	
溢水量：127 (m ³)	*1	

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能			
安全機能	○										○	○		
機能判定	○										○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能	○										○	○	○	○
機能判定	○										○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)				

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (44/99)

評価種別：想定 溢水発生区画：[] 溢水源：MLW 溢水量：127 (m³)	総合判定 ○ 評価方法 ① *1	備考：
--	------------------------	-----

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		
安全機能	○										○	○	
機能判定	○										○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能	○										○	○	○	○
機能判定	○										○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)		
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)		

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (45/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：PLR
 溢水量：1 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考：

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能			
安全機能	○										○	○		
機能判定	○										○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○										○	○
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (46/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：PLR
 溢水量：1 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動速がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持	SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 (FPC)	機能維持 (RHR)	機能維持 CST or HPCS	機能維持 (RHR)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (47/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：RCW
 溢水量：267 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考：

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		
安全機能	○										○	○	
機能判定	○										○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (LPCS (A) or LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	
安全機能	○										○	○
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (48/99)

評価種別：想定 溢水発生区画：(b) 溢水源：RHR (B) 溢水量：382 (m ³)	総合判定 ○	評価方法 ①	*1
---	-----------	-----------	----

備考：当該区画 (RB-3-8) の最大溢水源はRHR (B) (C) 系となるため、各系統の破損想定にて評価
当該評価はRHR (B) 系の破損想定とし、RHR (B) 系及びHPCS (B) 系を機能喪失とする

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮断し機能
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPSC)	高圧炉心スプレイ系 (HPSC)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPSC)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPSC)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(II系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPSC))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPSC))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPSC)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (49/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：(C)
 溢水源：RHR (C)
 溢水量：382 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
*1	

備考：当該区画 (RB-3-8) の最大溢水源はRHR (B) (C) 系となるため、各系統の破損想定にて評価
 当該評価はRHR (C) 系の破損想定とし、RHR (C) 系を機能喪失とする

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動速がし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (50/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：無し
 溢水量：0 (m³)

総合判定	○
評価方法	※1

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能			
安全機能	○										○	○		
機能判定	○										○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C) or RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS (A) or LPCS)	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	
安全機能	○										○	○
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (51/99)

評価種別：想定	○	備考：
溢水発生区画	①	
溢水源：FDW		
溢水量：289 (m³)		

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		
安全機能	○										○	○	○
機能判定	○										○		○
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (LPSC (A) or LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能	○										○	○	○	○
機能判定	○										○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (52/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：RHR (A)
 溢水量：324 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考：RHR (A) 系の破損想定のためRHR (A) 系及びFCS (A) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動遮らし機能	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	遮らし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ×	— (I系) ×	B系 (II系) ○	B系 (II系) ○	— (III系) ○	— (I系) ○	— (III系) ○	— (I・II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPSC))	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	SRV (I・II) or RHR (B)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プールの燃料浄化系 (FPC)	事故時計装系	燃料プールの残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系) × B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) × B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) × B系 (II系) ○	A系 (I系) × B系 (II系) ○	— (I系) ○ B系 (II系) ○	— (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) × B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (53/99)

評価種別：想定 溢水発生区画	○
溢水源：RHR (B) 溢水量：324 (m ³)	①

備考：RHR (B) 系の破損想定のためRHR (B) 系及びFCS (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS))	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能				使用済燃料プール					
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系	中央制御室換気系	中央制御室換気系
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (54/99)

評価種別：想定 溢水発生区画：①	総合判定 ○
溢水源：RHR (B)	評価方法 ①
溢水量：382 (m ³)	*1

備考：RHR (B) 系の破損想定のためRHR (B) 系及びFCS (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動遮らし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	遮らし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 B系	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (55/99)

評価種別：想定 溢水発生区画： 	総合判定 ○
溢水源：RHRS (B) 溢水量：267 (m ³)	評価方法 ①
*1	

備考：RHRS (B) 系の破損想定のためRHR (B) 系、FCS (B) 系、事故時計装系 (B) 系の格納容器雰囲気監視系 (B) 系を機能喪失とし
評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動遮断し機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPSC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	遮断し安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSC)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSC)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSC)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II) or RHR (B)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

2区分上

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	×	*2	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

*2 事故時計装系は要求される各々の監視機能で I 系又は II 系が機能維持するため，機能判定は“○”となる。

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (56/99)

評価種別：想定	○	備考
溢水発生区画：	—	
溢水源：無し		
溢水量：0 (m³)		

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (ADS (A) and RHR (A) or LPCS)	機能維持 (LPSCS (A) or LPCS)	機能維持 (ADS (A) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (HPCS)	SRV (I・II) or RHR (B)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能				使用済燃料プール				
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 B系	A系 (I系) B系 (II系)	—	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (57/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：無し
 溢水量：0 (m³)

総合判定	○
評価方法	※1

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能			
安全機能	○										○	○		
機能判定	○										○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C) or RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C) or RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能			
安全機能	○										○	○
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (58/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：RHR (A)
 溢水量：324 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
*1	

備考：RHR (A) 系の破損想定のためRHR (A) 系及びFCS (A) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		
安全機能	○										○	○	
機能判定	○										○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPSC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and RHR (A) or LPSC)	機能維持 (RHR (A) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○										○	○
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	×	○	○	○	×	○	×	○	○	×	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (59/99)

評価種別：想定 溢水発生区画： 溢水源：RHR (B) 溢水量：382 (m ³)	総合判定 ○	評価方法 ①	*1
---	-----------	-----------	----

備考：当該区画 (RB-2-9) の最大溢水源はRHR (B) (C) 系となるため、各系統の破損想定にて評価
当該評価はRHR (B) 系の破損想定とし、RHR (B) 系及びHPCS (B) 系を機能喪失とする

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設																	
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能				監視機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室						
安全機能	○										○		○		○			
機能判定	○										○		○		○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能					
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)					
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○					
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)						

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (60/99)

評価種別：想定

溢水発生区画：(C)

溢水源：RHR (C)

溢水量：382 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
*1	

備考：当該区画 (RB-2-9) の最大溢水源はRHR (B) (C) 系となるため、各系統の破損想定にて評価
当該評価はRHR (C) 系の破損想定とし、RHR (C) 系を機能喪失とする

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動速がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPSC)	高圧炉心スプレイ系 (HPSC)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPSC)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPSC)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室 換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室 換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (61/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画： 	評価方法	①
溢水源：RCW	備考：	
溢水量：267 (m³)		

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	×	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持			

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能	
安全機能	○									
機能判定	○									
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (62/99)

評価種別：想定 溢水発生区画	○
溢水源：RCW 溢水量：267 (m ³)	①

備考：RCW系の破損想定のためFPC (A) 系及びNFPC (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動遮断し機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPSC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	遮断し安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSC)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (63/99)

評価種別：想定 溢水発生区画	○
溢水源：RCW 溢水量：267 (m ³)	①

備考：RCW系の破損想定のためFPC (A) 系及びNFPC (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能				監視機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	×	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (64/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水量：RHR (A)
 溢水量：382 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
*1	

備考：RHR (A) 系の破損想定のためRHR (A) 系及びFCS (A) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		
安全機能	○										○	○	
機能判定	○										○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPSCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPSCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPSCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (I系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and RHR (A) or LPCS	機能維持 (RHR (A) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPSCS)	機能維持 (RHR (B) and RHR (C))	機能維持 (RCIC or HPSCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能				使用済燃料プール				中央制御室	
安全機能	○										○	○
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (65/99)

評価種別：想定 溢水発生区画：(b) 溢水源：RHR (B) 溢水量：382 (m ³)	総合判定 ○	評価方法 ①	*1
---	-----------	-----------	----

備考：当該区画 (RB-1-2) の最大溢水源はRHR (B) (C) 系となるため、各系統の破損想定にて評価
当該評価はRHR (B) 系の破損想定とし、RHR (B) 系及びHPCS (B) 系を機能喪失とする

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (66/99)

評価種別：想定 溢水発生区画：①	総合判定：○
溢水源：RHR (C)	評価方法：*1
溢水量：382 (m ³)	

備考：当該区画 (RB-1-2) の最大溢水源はRHR (B) (C) 系となるため、各系統の破損想定にて評価
当該評価はRHR (C) 系の破損想定とし、RHR (C) 系を機能喪失とする

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動速がし機能	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPSCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPSCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	燃料プールの残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気機能				
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))					

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (67/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：RHR (A)
 溢水量：382 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
*1	

備考：RHR (A) 系の破損想定のためRHR (A) 系及びFCS (A) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動遮らし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPSC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	遮らし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and RHR (A) or LPCS	機能維持 (RHR (A) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	SRV (I・II)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (68/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：無し
 溢水量：0 (m³)

総合判定	○
評価方法	＊1

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		
安全機能	○										○	○	
機能判定	○										○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能			
安全機能	○										○	○
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (69/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：無し
 溢水量：0 (m³)

総合判定	○
評価方法	※1

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動遮断し機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	遮断し安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール			給水機能	中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* I ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (70/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：無し
 溢水量：0 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能			
安全機能	○										○	○		
機能判定	○										○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能			
安全機能	○										○	○
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (71/99)

評価種別：想定 溢水発生区画：①	総合判定 ○
溢水源：RHR (B)	評価方法 ①
溢水量：382 (m ³)	*1

備考：RHR (B) 系の破損想定のためRHR (B) 系及UFCS (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能			
安全機能	○										○	○		
機能判定	○										○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○										○	○
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (72/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：RHR (A)
 溢水量：382 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
*1	

備考：RHR (A) 系の破損想定のためRHR (A) 系及びFCS (A) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動遮らし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	遮らし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	×	○	○	○	×	○	×	○	○	×	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 CST or HPCS	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (73/99)

評価種別：想定 溢水発生区画： 溢水源：RHR (B) 溢水量：382 (m ³)	総合判定 ○	評価方法 ①	*1
---	-----------	-----------	----

備考：当該区画 (RB-B1-2) の最大溢水源はRHR (B) (C) 系となるため、各系統の破損想定にて評価
RHR (C) も同様な結果となる。

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動速がし機能	
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPSCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPSCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SIC (A) and SIC (B)}	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		原子炉施設閉じ込め機能				使用済燃料プール				中央制御室			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)				
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)							

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (74/99)

評価種別：想定 溢水発生区画： 溢水源：RHR (B) 溢水量：382 (m ³)	総合判定 ○	評価方法 ①	*1
--	--------	--------	----

備考：RHR (B) 系の破損想定のためRHR (B) 系及びFPCS (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅲ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅲ系 (Ⅲ系)	Ⅰ・Ⅱ系 (Ⅰ・Ⅱ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 {HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (75/99)

評価種別：想定

溢水発生区画：

溢水源：RHR (A)

溢水量：382 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考：RHR (A) 系の破損想定のためRHR (A) 系及びFCS (A) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能					
安全機能	○	○	○				○		○					
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)	C系 (Ⅱ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ・Ⅱ系 (Ⅰ・Ⅱ系)	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 {HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RHCIC or HPCS	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室				
安全機能	○	○	○	○		○		○		○			
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)					
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)					

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (76/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画： 	評価方法	①
溢水源：RHRS (A)	*1	
溢水量：272 (m ³)		

備考：

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未疆界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	— (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RHCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	非常用ガス再循環系 (FRWS・SGTS)	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	燃料プールの残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	×	×	○	○	×	○	○	○	○	○	×	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 {RHR (A) or RHR (B)}	機能維持 FPC (A) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径、系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径、系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (77/99)

評価種別：想定	総合判定	○
没水発生区画：	評価方法	-
没水源：無し	*1	
没水量：0 (m ³)		

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○				○	○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系) ○ (II系) ○	— (I系) ○ (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	— (I系) ○ (II系) ○	— (III系) ○	— (I系) ○ (II系) ○	— (I系) ○ (II系) ○	— (I・II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能				使用済燃料プール	給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○	○				○	○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	— (I系) ○ (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 {RHR (A) or RHR (B)}	機能維持 FPC (A) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (没水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (没水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (78/99)

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画：	評価方法	-	
溢水源：無し	*1		
溢水量：0 (m ³)			

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○										
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (79/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画： <input type="text"/>	評価方法	①
溢水源：RHR (B)	*1	
溢水量：382 (m ³)		

備考：当該評価はRHR (B) 系の破損想定とし、RHR (B) 系及びFPCS (B) 系を機能喪失とする

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能			
安全機能	○	○	○				○	○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RHC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅲ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅲ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 {HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径、系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径、系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (80/99)

評価種別：想定

溢水発生区画：

溢水源：HPCS

溢水量：378 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
*1	

備考：

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○	○				○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (81/99)

評価種別：想定	総合判定	○
没水発生区画： 	評価方法	①
溢水源：RCW	*1	
溢水量：267 (m ³)		

備考：

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未疆界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	— (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RHCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 RHCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	非常用ガス再循環系 (FRWS・SGTS)	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	燃料プールの残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)				
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 RHCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)				

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (82/99)

評価種別：想定	総合判定	○
没水発生区画：	評価方法	①
没水源：HPCS	*1	
没水量：287 (m ³)		

備考：HPCS系の破損想定のためHPCS系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○	○	○									
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	残留熱除去系 (RHR) B系 (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I・II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系)	B系 (II系) ○ (III系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○		○		○		○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (没水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (没水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (83/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画： 	評価方法	①
溢水源：RHR (B)	*1	
溢水量：382 (m ³)		

備考：RHR (B) 系の破損想定のためRHR (B) 系及びFCS (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能					
安全機能	○	○	○											
機能判定	○	○	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室				
安全機能	○	○	○	○		○		○	○				
機能判定	○	○	○	○		○		○	○				
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)				
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)				

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (84/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画：	評価方法	①
溢水源：RHR (B)	*1	
溢水量：382 (m ³)		

備考：RHR (B) 系の破損想定のためRHR (B) 系及びFPCS (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○								○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 {HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (85/99)

評価種別：想定 溢水発生区画	○
溢水発生区画	①
溢水源：RHR (C)	
溢水量：382 (m ³)	

備考：RHR (C) 系の破損想定のためRHR (C) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能	原子炉隔離時注水機能			手動逃がし機能					
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	使用済燃料プール			給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (86/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画：	評価方法	①
溢水源：RHR (C)	*1	
溢水量：382 (m ³)		

備考：RHR (C) 系の破損想定のためRHR (C) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○	○	○				○		○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持	機能維持	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径、系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径、系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (87/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画： 	評価方法	①
溢水源：RHR (A)	*1	
溢水量：382 (m ³)		

備考：RHR (A) 系の破損想定のためRHR (A) 系及びFCS (A) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○										
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	C系 (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○	○	○		○		○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)			
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (88/99)

評価種別：想定	総合判定 ○
溢水発生区画： 	評価方法 ①
溢水源：RHR (A)	*1
溢水量：382 (m ³)	

備考：RHR (A) 系の破損想定のためRHR (A) 系及びFCS (A) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能						
安全機能	○	○	○				○	○						
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	C系 (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I・II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能	使用済燃料プール		給水機能	中央制御室					
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (C)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (C)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (C)	機能維持 RHR (B) or RHR (C)	機能維持 RHR (B) or RHR (C)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径、系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径、系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (89/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画：	評価方法	①
溢水源：RHR (A)	*1	
溢水量：382 (m ³)		

備考：RHR (A) 系の破損想定のためRHR (A) 系及びFCS (A) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○										
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 A系 (I系) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (90/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画：	評価方法	①
溢水源：RCIC	*1	
溢水量：288 (m ³)		

備考：RCIC系の破損想定のためRCIC系を機能喪失とし評価

原子炉施設												
評価対象	緊急停止機能	未疆界維持機能				原子炉隔離時注水機能				手動逃がし機能		
安全機能	○	○				○				○		
機能判定	○	○				○				○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I・II系)	— (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))				機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)				機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

原子炉施設											
評価対象	低温停止機能	原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室	
安全機能	○	○				○				○	
機能判定	○	○				○				○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B) or FCS (B) or FCS (B)				機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)				機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (91/99)

評価種別：想定	総合判定	○
没水発生区画： 	評価方法	①
没水源：RCW	*1	
没水量：267 (m ³)		

備考：RCW系の破損想定のためFPC (A) 系及びFPC (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未疆界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	— (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))										機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○										○	○
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	非常用ガス再循環系 (FRWS・SGTS)	燃料プール冷却系 (FPC)								
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B))	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))						

*1 ①：基本評価 (没水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (没水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (92/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画： 	評価方法	①
溢水源：LPCS	*1	
溢水量：300 (m ³)		

備考：LPCS系の破損想定のためLPCS系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能						
安全機能	○	○	○				○	○						
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	原子炉隔離時注水機能	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) × (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室					
安全機能	○	○	○	○		○		○	○					
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)									
系列 (安全区分)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (93/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：LPCS
 溢水量：300 (m³)

総合判定 ○
 評価方法 ①
 *1

備考：LPCS系の破損想定のためLPCS系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能					
安全機能	○	○	○				○	○					
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	— (I系) ○ (II系) ○	— (I系) ○ (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	— (I系) × (II系) ○	B系 (II系) ○	残留熱除去系 (RHR) C系 (II系) ○	— (III系) ○	— (I系) ○	— (I・II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能	使用済燃料プール	給水機能	中央制御室				
安全機能	○	○	○	○	○	○	○				
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能 (MCR-HVAC)			
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	— (I系) ○ B系 (II系) ○	— (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持	機能維持	機能維持

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-2表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (94/99)

評価種別：想定	総合判定	○
没水発生区画：[]	評価方法	①
没水源：RHR (B)	*1	
没水量：382 (m ³)		

備考：RHR (B) 系の破損想定のためRHR (B) 系及びFCS (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○	○	○									
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)	Ⅰ系	Ⅲ系	Ⅰ系	Ⅲ系	Ⅰ・Ⅱ系	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 {HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 {RHR (A) or RHR (C)}	機能維持 B系 (Ⅱ系)	機能維持 C系 (Ⅱ系)	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能				使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○								○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)	B系 (Ⅱ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持

*1 ①：基本評価 (没水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (没水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (95/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画： 	評価方法	①
溢水源：RHR (A)	*1	
溢水量：382 (m ³)		

備考：RHR (A) 系の破損想定のためRHR (A) 系及びFCS (A) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能					
安全機能	○	○	○				○		○					
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室				
安全機能	○	○	○	○		○		○		○			
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)					
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)					

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (96/99)

評価種別：想定	総合判定	○
没水発生区画： 	評価方法	-
没水源：無し	*1	
没水量：0 (m ³)		

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○				○	○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系) ○ (II系) ○	— (I系) ○ (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	— (I系) ○ (II系) ○	— (III系) ○	— (I系) ○	— (I系) ○	— (I・II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能	使用済燃料プール		給水機能	中央制御室		
安全機能	○	○	○	○	○		○	○		
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	可溶性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)		
系列 (安全区分)	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	— ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)		

*1 ①：基本評価 (没水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (没水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (97/99)

評価種別：想定	総合判定	○
溢水発生区画： 	評価方法	①
溢水源：RCIC	*1	
溢水量：183 (m ³)		

備考：RCIC系の破損想定のためRCIC系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○								○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	使用済燃料プール		冷却機能	給水機能	中央制御室		
安全機能	○	○	○	○		○	○	○		
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	隔離弁機能 (PCIS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径、系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径、系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (98/99)

評価種別：想定	総合判定	○
没水発生区画：	評価方法	①
没水源：HPCS	*1	
没水量：378 (m ³)		

備考：HPCS系の破損想定のためHPCS系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○	○	○				○		○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	原子炉隔離時注水機能	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系) (II系) (III系)	— (I系) (II系) (III系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系) C系 (III系)	— (I系) (II系) (III系)	— (III系)	— (I系) (II系) (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)	
系列の判定	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○	○ ○ ○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能	使用済燃料プール		給水機能	中央制御室		
安全機能	○	○	○	○	○		○	○		
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール冷却系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能 (MCR-HVAC)		
系列 (安全区分)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	
系列の判定	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	○ ○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)		

*1 ①：基本評価 (没水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (没水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-2 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋原子炉棟) (99/99)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：HPCS-DGSW
 溢水量：52 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

*1

備考：HPCS系の破損想定のためHPCS系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○	○											
機能判定	○	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	C系 (II系) ○ (III系)	— (III系) ○ (I・II系)	— (I系) ○ (II系) × (III系)	— (III系) ○ (I・II系)	— (I・II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系) B系 (II系) ○ (III系)
系列の判定	○	○											
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))			機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)			機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	閉じ込め機能			監視機能			冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○										○	○
機能判定	○	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	
系列の判定	○	○										○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)			機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 A系 or B系		機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径；系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設 (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (1/32))

評価種別：想定	総合判定	○
没水発生区画： 	評価方法	①
溢水源：濃縮廃液・廃液中和スラッジ系	備考	
溢水量：326 (m ³)		

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能	原子炉隔離時注水機能		原子炉隔離時冷却系		原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	使用済燃料プール		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	—	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設 (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (2/32))

評価種別: 想定

溢水発生区画:

溢水源: 濃縮廃液・廃液中和スラッジ系

溢水量: 326 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能	原子炉隔離時注水機能		原子炉隔離時冷却系		原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能			
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II) or RHR (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	使用済燃料プール		冷却機能	給水機能	中央制御室		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

* 1 ①: 基本評価 (溢水量; 当該系統の最大口径; 当該系統の全保有水量)

②: 詳細評価 (溢水量; 区画内における当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設 (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (3/32))

評価種別: 想定
 溢水発生区画:
 溢水源: RCW
 溢水量: 298 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	原子炉施設 閉じ込め機能			監視機能			使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRWS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B))	機能維持 (FRWS-SGTS (A) or FRWS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))		

* 1 ①: 基本評価 (溢水量; 当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)
 ②: 詳細評価 (溢水量; 区画内における当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設 (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (4/32))

評価種別：想定	総合判定	○
没水発生区画： 	評価方法	①
溢水源：濃縮廃液・廃液中和スラッジ系		
溢水量：325 (m ³)		

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能	原子炉隔離時注水機能		原子炉隔離時冷却系		原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	使用済燃料プール		冷却機能		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設 (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (5/32))

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：MLW
 溢水量：325 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○	○											
機能判定	○	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能			監視機能			使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○										
機能判定	○	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))		

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設 (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (6/32))

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：RCW
 溢水量：298 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能					
安全機能	○	○	○				○		○					
機能判定	○	○	○				○		○					
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR) or RHR (C)	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR) or RHR (C)	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	原子炉施設 閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室			
安全機能	○	○		○		○		○		○			
機能判定	○	○		○		○		○		○			
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)			
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設 (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (7/32))

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：RCW
 溢水量：298 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○	○											
機能判定	○	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能			監視機能			使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○										
機能判定	○	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設 (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (8/32))

評価種別: 想定
 溢水発生区画:
 溢水源: RCW
 溢水量: 298 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

* 1

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○	○			○			○		○			
機能判定	○	○			○			○		○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))			機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)		機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能	閉じ込め機能			監視機能			使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○			○			○		○	○
機能判定	○	○			○			○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)			機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①: 基本評価 (溢水量; 当該系統の最大口径; 当該系統の全保有水量)
 ②: 詳細評価 (溢水量; 区画内における当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設 (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (9/32))

評価種別：想定	総合判定	○
没水発生区画： 	評価方法	①
溢水源：濃縮廃液・廃液中和スラッジ系	備考	
溢水量：326 (m ³)		

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能	原子炉隔離時注水機能		原子炉隔離時冷却系		原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能			
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	使用済燃料プール		冷却機能	給水機能	中央制御室			
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	—	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (10/32)

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画： 	評価方法	①	
溢水源：濃縮廃液・廃液中和スラッジ系			
溢水量：326 (m ³)			

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○										
機能判定	○	○	○										
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR) or RHR (C)	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能				冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○								○	○
機能判定	○	○	○								○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS) 非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (11/32)

評価種別: 想定
 溢水発生区画:
 溢水源: TCW
 溢水量: 366 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))			機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)		機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能			監視機能			使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)			機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)		

* 1 ①: 基本評価 (溢水量; 当該系統の最大口径; 当該系統の全保有水量)
 ②: 詳細評価 (溢水量; 区画内における当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (12/32)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：MLW
 溢水量：325 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能	原子炉隔離時注水機能		原子炉隔離時冷却系		原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能			
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	使用済燃料プール		冷却機能	給水機能	中央制御室		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS) / 非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径；系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (13/32)

評価種別: 想定
 溢水発生区画:
 溢水源: MLW
 溢水量: 325 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○			○			○		○				
機能判定	○	○			○			○		○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))			機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))		機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))		機能維持 (HPCS)		機能維持 (RCIC or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能			監視機能			使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○			○			○		○	○	
機能判定	○	○			○			○		○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))			機能維持 (A系 or B系)		機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

* 1 ①: 基本評価 (溢水量; 当該系統の最大口径; 当該系統の全保有水量)
 ②: 詳細評価 (溢水量; 区画内における当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (14/32)

評価種別: 想定
 溢水発生区画:
 溢水源: RCW
 溢水量: 298 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

* 1

備考

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能	原子炉隔離時注水機能		原子炉隔離時冷却系		原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	使用済燃料プール		冷却機能	給水機能	中央制御室		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))				

* 1 ①: 基本評価 (溢水量; 当該系統の最大口径; 当該系統の全保有水量)
 ②: 詳細評価 (溢水量; 区画内における当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (15/32)

評価種別: 想定

溢水発生区画:

溢水源: 濃縮廃液・廃液中和スラッジ系

溢水量: 325 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○				○				○	○				
機能判定	○	○				○				○	○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))				機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)				機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○				○		○		○		○	
機能判定	○	○				○		○		○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS and FRVS-SGTS and FCS				機能維持 A系 or B系		機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)		機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①: 基本評価 (溢水量; 当該系統の最大口径; 当該系統の全保有水量)

②: 詳細評価 (溢水量; 区画内における当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (16/32)

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画： 	評価方法	①	
溢水源：濃縮廃液・廃液中和スラッジ系			
溢水量：325 (m ³)			

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能					
安全機能	○	○	○				○		○					
機能判定	○	○	○				○		○					
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能				使用済燃料プール		給水機能		中央制御室		
安全機能	○	○	○				○		○		○		
機能判定	○	○	○				○		○		○		
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS and FRVS-SGTS and FCS	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持		

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (17/32)

評価種別：想定

溢水発生区画：

溢水源：濃縮廃液・廃液中和スラッジ系

溢水量：326 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○				○		○				
機能判定	○	○	○				○		○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能				使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○				○		○		○	
機能判定	○	○	○				○		○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS and FRVS-SGTS and FCS	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持	

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (18/32)

評価種別: 想定
 溢水発生区画:
 溢水源: RHRS
 溢水量: 272 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設															
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能					
安全機能	○	○				○				○	○					
機能判定	○	○				○				○	○					
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))				機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)				機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持		

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	給水機能	中央制御室		
安全機能	○	○				○				○	○	○		
機能判定	○	○				○				○	○	○		
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	—	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)				機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)		

*1 ①: 基本評価 (溢水量; 当該系統の最大口径; 当該系統の全保有水量)
 ②: 詳細評価 (溢水量; 区画内における当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (19/32)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：MLW
 溢水量：325 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○				○		○				
機能判定	○	○	○				○		○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	原子炉施設 閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○		○		○		○		○	○	
機能判定	○	○		○		○		○		○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径；系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (20/32)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：MLW
 溢水量：325 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

*1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能					
安全機能	○	○	○				○		○					
機能判定	○	○	○				○		○					
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	原子炉施設閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室		
安全機能	○	○		○		○		○		○	○		
機能判定	○	○		○		○		○		○	○		
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))		

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (21/32)

評価種別：想定

溢水発生区画：

溢水源：MLW

溢水量：325 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○				○				○	○				
機能判定	○	○				○				○	○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))				機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)				機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)			

評価対象	原子炉施設														
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	給水機能	中央制御室			
安全機能	○	○				○				○	○	○			
機能判定	○	○				○				○	○	○			
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	—	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)				機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)				機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径；系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (22/32)

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画： 	評価方法	①	
溢水源：濃縮廃液・廃液中和スラッジ系			
溢水量：326 (m ³)			

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○				○				○	○				
機能判定	○	○				○				○	○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))				機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)				機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)			

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○				○				○	○	○	
機能判定	○	○				○				○	○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS and FRVS-SGTS and FCS				機能維持 A系 or B系				機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (23/32)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：高電導度ドレン系
 溢水量：30 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (I・II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	給水機能	中央制御室		
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (24/32)

評価種別：想定

溢水発生区画：

溢水源：MLW

溢水量：325 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○	○			○			○		○			
機能判定	○	○			○			○		○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持	SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○		○		○		○		○	○	
機能判定	○	○		○		○		○		○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)					

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (25/32)

評価種別：想定

溢水発生区画

溢水源：MLW

溢水量：325 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○	○			○			○		○			
機能判定	○	○			○			○		○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能			監視機能			使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○			○			○		○	○	
機能判定	○	○			○			○		○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (26/32)

評価種別：想定	総合判定 ○	備考
溢水発生区画： 	評価方法 ①	
溢水源：濃縮廃液・廃液中和スラッジ系	*1	
溢水量：326 (m ³)		

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○				○		○				
機能判定	○	○	○				○		○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR) or RHR (C)	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR) or RHR (C)	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能				使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○				○		○		○	
機能判定	○	○	○				○		○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR) or RHR (B)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR) or RHR (B)	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (27/32)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：MLW
 溢水量：325 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○				○		○				
機能判定	○	○	○				○		○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能				使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○				○		○		○	
機能判定	○	○	○				○		○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持				

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径；系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (28/32)

評価種別: 想定
 溢水発生区画:
 溢水源: スラッシュ系
 溢水量: 10 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

*1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○				○				○	○				
機能判定	○	○				○				○	○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))				機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)				機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)			

評価対象	原子炉施設														
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	給水機能	中央制御室			
安全機能	○	○				○				○	○	○			
機能判定	○	○				○				○	○	○			
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)				機能維持 A系 or B系				機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 A系 (I系)	機能維持 B系 (II系)

*1 ①: 基本評価 (溢水量; 当該系統の最大口径; 系統保有水量; 当該系統の全保有水量)
 ②: 詳細評価 (溢水量; 区画内における当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (29/32)

評価種別：想定

溢水発生区画：

溢水源：MLW

溢水量：325 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○			○			○		○				
機能判定	○	○			○			○		○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能			監視機能			使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○			○			○		○	○	
機能判定	○	○			○			○		○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS and FRVS-SGTS and FCS	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径；系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (30/32)

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画： 	評価方法	①	
溢水源：MLW	*1		
溢水量：325 (m ³)			

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○				○				○	○				
機能判定	○	○				○				○	○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	原子炉施設 閉じ込め機能				監視機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室		
安全機能	○	○				○		○		○	○		
機能判定	○	○				○		○		○	○		
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)			
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS and FRVS・SGTS and FCS	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (31/32)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：使用済樹脂貯蔵系
 溢水量：10 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

*1

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○			○			○		○				
機能判定	○	○			○			○		○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))			機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)			機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)		

2区分以上

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能			監視機能			使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○			○			○		○	○	
機能判定	○	○			○			○		○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)			機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-3 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (32/32)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：使用済樹脂貯蔵系
 溢水量：10 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

*1

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能		
安全機能	○	○				○				○	○		
機能判定	○	○				○				○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

2区分以上

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○				○				○	○	○	
機能判定	○	○				○				○	○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径；系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-4 表 想定破損により生じる浸水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (1/10)

評価種別: 想定

溢水発生区画:

溢水源: MCR-HVAC

溢水量: 23 (m³)

総合判定	×
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能				使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS) 非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①: 基本評価 (溢水量; 当該系統の最大口径; 当該系統の全保有水量)

②: 詳細評価 (溢水量; 区画内における当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-4 表 想定破損により生じる浸水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (2/10)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：D6SW	
溢水量：124 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-4 表 想定破損により生じる浸水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (3/10)

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画：[]	評価方法	①	
溢水源：DGSW	*1		
溢水量：124 (m ³)			

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	機能維持	○	○	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))		機能維持 (ADS (B), and (RHR (B) or RHR (C)))				機能維持 (HPCS)		機能維持 (RCIC or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール				給水機能		中央制御室	
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (FCS (A) or FCS (B))		機能維持 (A系 or B系)		機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))				機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-4 表 想定破損により生じる浸水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (4/10)

評価種別：想定	○
溢水発生区画	①
溢水源：D6SW	
溢水量：124 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○														
機能判定	○														
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	(I系)	(I系)	(A系)	(I系)	(III系)	(B系)	(C系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	(A系)	(B系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))										機能維持 (RCLC or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))		

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	(A系)	(A系)	(A系)	(A系)	(A系)	(A系)	(B系)	(A系)	(A系)	(A系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B))		機能維持 (A系 or B系)		機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-4 表 想定破損により生じる浸水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (5/10)

評価種別: 想定 溢水発生区画: 	総合判定 ○	備考
溢水源: DGD0	評価方法 ①	
溢水量: 19 (m ³)	*1	

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持					

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		原子炉施設		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))		

*1 ①: 基本評価 (溢水量; 当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該系統の全保有水量)
 ②: 詳細評価 (溢水量; 区画内における当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-4 表 想定破損により生じる浸水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (6/10)

評価種別：想定 溢水発生区画： 溢水源：FP 溢水量：92 (m ³)	総合判定 ○ 評価方法 *1 -	備考
---	---------------------	----

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(II系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		機能維持 (RHR (A) or LPCS)		機能維持 (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 (HPCS)		機能維持 (RCIC or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却净化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	中央制御室換気機能		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)		
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (FRVS・SGTS (A) or FCS (B))		機能維持 (A系 or B系)		機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-4 表 想定破損により生じる浸水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (7/10)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：DGDO	
溢水量：19 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	(I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))										機能維持 (RCIC or HPCS)	SRV (I・II)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										中央制御室換気機能
機能判定	○										○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
	系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-4 表 想定破損により生じる浸水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (8/10)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：D6SW	
溢水量：124 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
			A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	— (III系)	— (I・II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))					

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-4 表 想定破損により生じる浸水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (9/10)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：HPCS-DGSIW
 溢水量：124 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

*1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
				(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) and RHR (B)) or RHR (C)												
安全機能の維持	機能維持 (ADS (A) and ADS (B)) or ADS (C)												
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) and RHR (B)) or RHR (C)												
安全機能の維持	機能維持 (RCLC or HPCS)												
安全機能の維持	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プールの冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プールの補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))										
安全機能の維持	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))										
安全機能の維持	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))										
安全機能の維持	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))										
安全機能の維持	機能維持 (A系 or B系)										
安全機能の維持	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))										
安全機能の維持	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))										
安全機能の維持	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-4 表 想定破損により生じる浸水影響評価結果 (設計基準対象施設) (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (10/10)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：D6SW
 溢水量：124 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

*1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))										機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能	
安全機能	○									
機能判定	○									
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気機
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2. 4-5 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (海水ポンプ室) (1/5)

評価種別：想定

溢水発生区画：

溢水源：ASW

溢水量：744 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

原子炉施設	
高温停止機能	○
原子炉隔離時注水機能	○
逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)

評価対象	原子炉施設										手動逃がし機能		
	緊急停止機能	未臨界維持機能	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)		原子炉隔離時注水機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅱ系	Ⅱ系	Ⅲ系	Ⅰ系	Ⅲ系	Ⅰ・Ⅱ系	Ⅰ系
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ))	機能維持 (HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										中央制御室		
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能	使用済燃料プール	給水機能	燃料プール補給水系統 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系統 (CST)	残留熱除去系 (RHR)		中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系統 (CST)	燃料プール補給水系統 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系	Ⅰ系
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (B))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* 1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)

②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-5 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (海水ポンプ室) (2/5)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：ASW	
溢水量：744 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能				
安全機能	○														
機能判定	○														
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	原子炉隔離時注水機能	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(I系)	(I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))										機能維持 (RCIC or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))		

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FCS (B))		機能維持 (A系 or B系)		機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-5 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (海水ポンプ室) (3/5)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：RHRS
 溢水量：272 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

*1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能			
安全機能	○	○												
機能判定	○	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設														
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室		
安全機能	○	○										○		○	
機能判定	○	○										○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	×	○	○	×	×	○	×	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-5 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (海水ポンプ室) (4/5)

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画： 	評価方法	①	
溢水源：ASW	*1		
溢水量：744 (m ³)			

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
			A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))				

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-5 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設) (海水ポンプ室) (5/5)

評価種別：想定 溢水発生区画： 	総合判定 ○	備考
溢水源：CWP 溢水量：763 (m ³)	評価方法 *1 ①	

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(III系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))										機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気調整系 (MCR-HVAC)	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	×	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
（常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む））（1/20）

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：DGDO
 溢水量：4 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○									○		
機能判定	○	○									○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	原子炉施設 閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室			
安全機能	○	○		○		○		○		○			
機能判定	○	○		○		○		○		○			
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室 換気空調系 (MCR-HVAC)			
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

*1 ①：基本評価（溢水量；当該系統の最大口径；当該系統の全保有水量）
 ②：詳細評価（溢水量；区画内における当該系統の最大口径；系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
（常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む））（2/20）

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：DGDO	
溢水量：4 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												
安全機能の維持	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)) or (RHR (B) or RHR (C))												
安全機能の維持	機能維持 (RCLC or HPCS)												
安全機能の維持	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))												

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室		
												(I系)	(II系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))												
安全機能の維持	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II)) or (FRWS・SGTS (A) or (B))												
安全機能の維持	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))												
安全機能の維持	機能維持 (A系 or B系)												
安全機能の維持	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))												
安全機能の維持	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))												
安全機能の維持	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))												

*1 ①：基本評価（溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）
②：詳細評価（溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
（常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む））（3/20）

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：DGDO
 溢水量：4 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

*1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C)))	機能維持 (LPCS)	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価（溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）

②：詳細評価（溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
 （常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む））（4/20）

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：DGDO	
溢水量：4 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (FCS (A) or FCS (B)) or (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B)) or (PCIS (I) or PCIS (II)) or (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価（溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）
 ②：詳細評価（溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設)
(常設代替高圧電源装置置場 (カルバート, 立坑含む)) (5/20)

評価種別: 想定
 溢水発生区画:
 溢水源: DGD0
 溢水量: 4 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

*1

備考: RCW系の破損想定のためFPC (A) 系及びFPC (B) 系を機能喪失とし評価

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気調整系 (MCR-HVAC)	中央制御室
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (PCIS (I) or PCIS (II)) or (FWS・SGTS (A) or FWS・SGTS (B)) or (FCS (A) or FCS (B)) or (FRWS・SGTS) or (FPC (A) or FPC (B)) or (RHR (A) or RHR (B)) or (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①: 基本評価 (溢水量; 当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該系統の全保有水量)

②: 詳細評価 (溢水量; 区画内における当該系統の最大口径, 系統保有水量; 当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
 （常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む））（6/20）

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画： 	評価方法	①	
溢水源：DGDO	*1		
溢水量：4 (m ³)			

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		
安全機能	○										手動遮がし機能		
機能判定	○										○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))										機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		原子炉施設				使用済燃料プール				中央制御室		
安全機能	閉じ込め機能										給水機能		中央制御室換気機能
機能判定	○										○		○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	
													(I系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))										機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II)) or (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価（溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）
 ②：詳細評価（溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
（常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む））（7/20）

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：DGDO	
溢水量：4 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
		(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)
安全機能の維持	HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持		

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
		(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)	(I系)	(II系)
安全機能の維持	RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (FRVS・SGTS (A) or (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))		

*1 ①：基本評価（溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）
②：詳細評価（溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
（常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む））（8/20）

評価種別：想定	総合判定	○	備考
溢水発生区画：	評価方法	①	
溢水源：DGDO	*1		
溢水量：4 (m ³)			

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))											

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
												機能維持 (RHR (A) or RHR (B))
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (PCIS and FRWS・SGTS and FCS)											

*1 ①：基本評価（溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量）
②：詳細評価（溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
 （常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む））（9/20）

評価種別：想定 溢水発生区画： 溢水源：DGDO 溢水量：4 (m ³)	○	①	備考
総合判定	○		
評価方法 *1	①		

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(III系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	B系 (II系)	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))										機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										中央制御室
機能判定	○										中央制御室
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール残留熱除去系 (RHR)	事故時計装系	燃料プール残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価（溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）
 ②：詳細評価（溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
（常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む））（10/20）

評価種別：想定 溢水発生区画： <input type="checkbox"/>	総合判定 ○	備考
溢水源：DGDO 溢水量：4 (m³)	評価方法 *1 ①	

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮らし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	(III系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))										機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能	
安全機能	○									
機能判定	○									
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気調整系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価（溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）
②：詳細評価（溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）

第 2.4-6 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設)
(常設代替高圧電源装置置場 (カルバート, 立坑含む)) (11/20)

評価種別：想定	○
溢水発生区画	①
溢水源：DGDO	
溢水量：4 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	(I系) (II系)	(I系) (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系) C系 (III系)	(I系) (II系) (III系)	B系 (II系) C系 (III系)	(I系) (II系) (III系)	(I系)	(I系) (II系) (III系)	(I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) or RHR (C))	SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)				

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気機能	
	系列 (安全区分)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	中央制御室換気機能 (MCR-HVAC)	
安全機能の維持	RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設)
(常設代替高圧電源装置置場 (カルバート, 立坑含む)) (12/20)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：DGDO	
溢水量：4 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (FCS (A) or FCS (B)) or (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B)) or (PCIS (I) or PCIS (II)) or (RHR (A) or RHR (B)) or (SRV (I・II) or SRV (B)) or (ADS (A) or ADS (B)) or (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-6 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設)
(常設代替高圧電源装置置場 (カルバート, 立坑含む)) (13/20)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：DGDO	
溢水量：4 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	(I系) (II系)	(I系) (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系) C系 (III系)	(I系) (II系)	B系 (II系) C系 (III系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS (I) or LPCS (II))	機能維持 (HPCS (I) or HPCS (II))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS (I) or HPCS (II))	機能維持 (RCLC (I) or RCLC (II))	機能維持 (HPCS (I) or HPCS (II))	SRV (I・II)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
	系列 (安全区分)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設)
(常設代替高圧電源装置置場 (カルバート, 立坑含む)) (14/20)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：DGDO
 溢水量：4 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

*1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (PCIS (I) or PCIS (II)) or (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B)) or (FCS (A) or FCS (B)) or (FPC (A) or FPC (B)) or (RHR (A) or RHR (B)) or (CST or RHR (A) or RHR (B)) or (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設)
(常設代替高圧電源装置置場 (カルバート, 立坑含む)) (15/20)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：DGDO
 溢水量：4 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

*1

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮らし機能	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))											

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (PCIS (I) or PCIS (II)) or (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B)) or (FCS (A) or FCS (B)) or (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)) or (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第 2.4-6 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設)
(常設代替高圧電源装置置場 (カルバート, 立坑含む)) (16/20)

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：DGDO	
溢水量：4 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	(I系) (II系)	(I系) (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系) C系 (III系)	(I系) (II系) (III系)	B系 (II系) C系 (III系)	(I系) (II系) (III系)	(I系)	(I系) (II系) (III系)	(I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II) or (SLC (A) and SLC (B)))		ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	SRV (I・II)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機
	系列 (安全区分)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
安全機能の維持	RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
 （常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む））（17/20）

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：DGDO	
溢水量：4 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	(I系) (II系)	(I系) (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系) C系 (III系)	(I系) (II系)	B系 (II系) C系 (III系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RHR (A) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS (I) or LPCS (II))	機能維持 (HPCS (I) or HPCS (II))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS (I) or HPCS (II))	機能維持 (RCLC (I) or RCLC (II))	機能維持 (HPCS (I) or HPCS (II))	SRV (I・II)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機
	系列 (安全区分)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価（溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）
 ②：詳細評価（溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）

第 2.4-6 表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設)
(常設代替高圧電源装置置場 (カルバート, 立坑含む)) (18/20)

評価種別：想定 溢水発生区画： 溢水源：DGDO 溢水量：4 (m ³)	総合判定 ○ 評価方法 ① *1	備考
--	------------------------	----

評価対象	原子炉施設												
	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能				手動遮らし機能
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
			A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												

評価対象	原子炉施設											
	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール			
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	事故時計装系	燃料プール冷却系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	給水機能	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (PCIS (I) or PCIS (II)) or (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B)) or (FCS) or (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)) or (RHR) or (CST or RHR (A) or RHR (B))											

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該系統の全保有水量)
②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）
（常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む））（19/20）

評価種別：想定	○
溢水発生区画：	①
溢水源：DGDO	
溢水量：4 (m ³)	

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))												
安全機能の維持	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or RHR (C)))												
安全機能の維持	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))												
安全機能の維持	機能維持 (RCIC or HPCS)												
安全機能の維持	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))												

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))										
安全機能の維持	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))										
安全機能の維持	機能維持 (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B))										
安全機能の維持	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))										
安全機能の維持	機能維持 (A系 or B系)										
安全機能の維持	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))										
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))										
安全機能の維持	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))										
安全機能の維持	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価（溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）
②：詳細評価（溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮）

第2.4-6表 想定破損により生じる没水影響評価結果 (設計基準対象施設)
(常設代替高圧電源装置置場 (カルバート, 立坑含む)) (20/20)

評価種別：想定
 溢水発生区画：
 溢水源：DGDO
 溢水量：4 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))											

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		給水機能		中央制御室
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRWS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B)) or (PCIS (I) or PCIS (II)) or (FRWS・SGTS (A) or FRWS・SGTS (B)) or (FCS (A) or FCS (B)) or (FPC (A) or FPC (B)) or (RHR (A) or RHR (B)) or (CST or RHR (A) or RHR (B)) or (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

*1 ①：基本評価 (溢水量；当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)
 ②：詳細評価 (溢水量；区画内における当該系統の最大口径，系統保有水量；当該区画への流出範囲を考慮)

2.5 想定破損により生じる没水影響評価結果（重大事故等対処設備）

本資料では、想定破損により生じる没水影響評価に関して、「2.4 想定破損により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）」と同じ各区画の水位を用いた重大事故等対処設備に対する評価結果を示す。

2.5.1 重大事故等対処設備の防護方針について

重大事故等対処設備についての防護方針の詳細を以下に示す。

方針Ⅰ【独立性】

：重大事故防止設備は、内部溢水によって対応する設計基準対象施設の安全機能と同時にその機能が損なわれるおそれのないこと

方針Ⅱ【修復性】

：重大事故等対処設備であって、重大事故防止設備でない設備は、修復性等も考慮の上、できる限り内部溢水に対する頑健性を確保すること

方針Ⅲ【重大事故等対処設備のみによる安全性確保】

：内部溢水が発生した場合においても、設計基準対象施設の機能に期待せずに、重大事故等対処設備によりプラントの安全性に関する主要な機能^{※2}が損なわれるおそれのないこと

※1 対応操作例：溢水の影響により一時的に電動弁の遠隔操作機能が喪失した場合に、現場の環境状況を考慮の上、運転員等が現場へアクセスし、手動にて弁操作を実施する、等

※2 主要な機能：「未臨界移行」、「燃料冷却」、「格納容器除熱」及び「使用済燃料プール注水」機能とする

2.5.2 方針への適合性確認の流れ

前項 2.5.1にて示した防護方針への適合性の確認においては、まず、設置許可基準規則第四十三条～六十二条の各条文に該当する重大事故等対処設備を抽出し、それらを「防止設備」、「緩和設備」及び「防止でも緩和でもない設備」に分類する。これらの分類を行った上で、方針Ⅰ及びⅡへの適合性を確認する一次評価と、方針Ⅲへの適合性を確認する二次評価の、二つの段階にて確認する。

(1) 方針Ⅰへの適合性の確認（一次評価）

方針Ⅰへの適合について確認すべき対象は、「防止設備」に分類された設備であり、以下のような流れでその適合性を確認する。

- ①：各条文の防止設備が、溢水による影響でその安全機能を維持できるか
- ②：①にて維持できない場合は、同一の溢水により対応する設計基準対象施設の安全機能が同時に喪失していないか
- ③：②にて同時に喪失していた場合は、各種対応を実施する

(2) 方針Ⅱへの適合性の確認(一次評価)

方針Ⅱへの適合性について確認すべき対象は、「緩和設備」及び「防止でも緩和でもない設備」に分類された設備であり、以下のような流れでその適合性を確認する。

- ①：各条文の緩和設備又は防止でも緩和でもない設備が、溢水による影響でその安全機能を維持できるか
- ②：①にて維持できない場合は、修復性等を考慮したできる限りの頑健性を確保する

(3) 方針Ⅲへの適合性の確認(二次評価)

方針Ⅲへの適合性については、以下のような流れでその適合性を確認する。

- ①：溢水による影響を考慮した上で、設計基準対象施設の機能に期待せず、重大事故等対処設備によって「未臨界移行」，「燃料冷却」，「格納容器除熱」及び「使用済燃料プール注水」機能が維持できるか
- ②：①にて維持できない場合は、各種対応を実施する

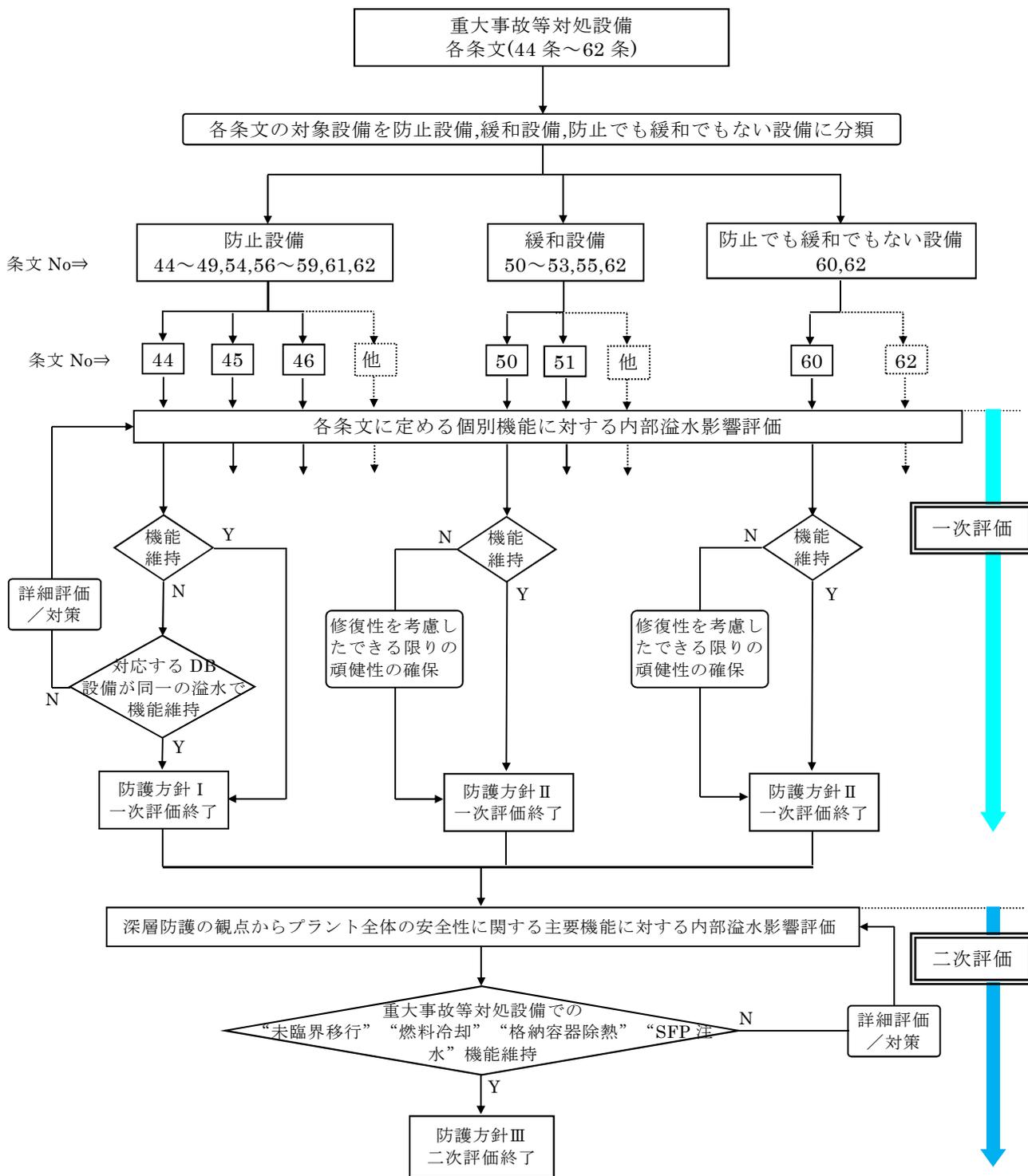
2.5.3 方針への適合性確認フロー及び評価結果

上記を踏まえ、方針への適合性確認フローを第2.5-1図に示す。

評価の対象となる建屋は、重大事故等対処設備を内包する以下の建屋とする。

- ・原子炉建屋原子炉棟
- ・原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟）
- ・原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟以外）
- ・海水ポンプ室
- ・常設代替高圧電源装置置場（カルバート，立坑含む）
- ・緊急時対策所
- ・緊急用海水ポンプピット
- ・低圧代替注水ポンプピット
- ・格納容器圧力逃がし装置格納槽
- ・西側可搬型設備用軽油タンク室
- ・南側可搬型設備用軽油タンク室

原子炉建屋原子炉棟，原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟），原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟以外），海水ポンプ室及び常設代替高圧電源装置置場（カルバート，立坑含む）における，没水による重大事故等対処設備の機能喪失を踏まえたプラントの安全機能維持が確保されていることを確認した結果を第2.5-1表～第2.5-5表に示す。なお，緊急時対策所，緊急用海水ポンプピット，低圧代替注水ポンプピット，格納容器圧力逃がし装置格納槽，西側可搬型設備用軽油タンク室及び南側可搬型設備用軽油タンク室については，溢水源がないため，プラントの安全機能維持が確保されることは明らかである。



第2.5-1図 方針への適合性確認フロー

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B2-1
溢水源:	原子炉隔離冷却系
溢水量(m3):	267

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
45	60	高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(高圧炉心スプレイ系) (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		逃がし安全弁	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (スクラムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管				
46	61	可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				○
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(スクラムレータ)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(スクラムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)				○
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)				○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				○
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイ系				
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(SA)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○	○	緩和	—				○
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備			権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和	— 取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ)		○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給 常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直流電源設備による給電 可搬型代替直流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○ ○ ○ ○ ○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(給油庫タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○			(給油庫タンク) 2C・2D・非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)水温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置クランプ水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)水温度 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置クランプ水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
		放射線量の測定	○							
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
		放射線量の測定	○							
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	R6-B2-2
溢水源:	高圧炉心スプレイ系
溢水量(m3):	287

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系			○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
46	61	ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		逃がし安全弁	○			(逃がし安全弁)			
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁排気管)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
非常用窒素供給系による窒素確保	○	125V系蓄電池A系、B系、HPCS系							
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	○	防止	125V系蓄電池A系、B系			○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(アキュムレータ)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	×			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)			
48	63	低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	○	防止	(低圧炉心スプレイ系注入弁)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系A、B、C系注入弁			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		残留熱除去系海水系	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
49	64	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	緩和	残留熱除去系海水系			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(貯留庫) 取水路、取水ビット			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
51	66	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫) 取水路、取水ビット			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイ系			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			低圧炉心スプレイ系			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			残留熱除去系海水系			
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	残留熱除去系海水系			○
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			(貯留庫) 取水路、取水ビット			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給 常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直流電源設備による給電 可搬型代替直流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○ ○ ○ ○ ○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}			○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○					
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○					
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○					
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○					
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○					
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○					
		放射線量の測定	○		○	※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備			○
		放射能観測車の代替測定	○		○					
		気象観測設備の代替測定	○		○					
		放射線量の測定	○		○					
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○		○					
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○					
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○					
		放射線量の測定	○		○					
		必要な情報の把握	○		○	防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備			○
		通信連絡	○		○					
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○					
		発電所内の通信連絡	○		○	防止	送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) {安全パラメータ表示システム(SPDS)}			○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○					

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B2-3
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	○	原子炉緊急停止系				○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	○	原子炉緊急停止系				○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
46	61	ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○	○	○	原子炉緊急停止系				○
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		逃がし安全弁	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○			(アキュムレータ)				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			主蒸気系がし安全弁排気管				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系				
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○	125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ)								
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	○	○	高圧炉心スプレイ系注入弁				○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系))				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
48	63	低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	○	○	原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(低圧注水系)				
		残留熱除去系海水系	○			(原子炉圧力容器)				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)、海				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			原子炉圧力容器				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
49	64	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○	○	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)				○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系))				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			(原子炉格納容器)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		非常用取水設備	○			(残留熱除去系海水系)				
50	65	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	残留熱除去系海水系				○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット				
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))				
		緊急用海水系	○			(原子炉格納容器)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)				
51	66	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	残留熱除去系海水系				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			高圧炉心スプレイ系				
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	○	原子炉緊急停止系				○
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイ系				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイ系				
53	68	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	○	原子炉格納容器				○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(原子炉格納容器)				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			—				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)				
		原子炉格納容器内の水素濃度監視設備	○			—				
		原子炉格納容器内の水素濃度監視設備	○			—				
54	69	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	○	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)				○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○				
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○				
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和		○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止		○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○				
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B2-4
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
45	60	高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (サブプレッション・チャンバ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による電源確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウエル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウエル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			—			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○				
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○				
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和		○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止		○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○				
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		○	※3				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	RB-B2-5	○
溢水源:	残留熱除去系	
溢水量(m3):	382	

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設 (設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入 再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制 ほう酸水注入系 自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○ ○ ○ ○	○	防止	原子炉緊急停止系 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 自動減圧系			○
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水 原子炉隔離時冷却系による原子炉注水 高圧炉心スプレイ系による原子炉注水 ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入) 原子炉冷却材圧カバウンダリによる圧力上昇抑制	○ ○ ○ ○ ○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) (逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (スクラムレータ) (スクラムレータ) 主蒸気系がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (スクラムレータ) (スクラムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
46	61	逃がし安全弁 原子炉減圧の自動化 可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復 逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復 非常用緊急供給系による緊急確保 非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○ ○ ○ ○ ○	○	防止	(スクラムレータ) (スクラムレータ) 主蒸気系がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (スクラムレータ) (スクラムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる) 低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる) 代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却 低圧炉心スプレイ系による原子炉注水 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱 緊急用海水系 残留熱除去系海水系 非常用取水設備	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留罐)、取水路、取水ビット			○
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱 残留熱除去系海水系による除熱 緊急用海水系 非常用取水設備	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系 (貯留罐)、取水路、取水ビット			○
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却 代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱 緊急用海水系 残留熱除去系海水系による除熱 非常用取水設備	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留罐)、取水路、取水ビット (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)			○
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系 (貯留罐)、取水路、取水ビット (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
51	66	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水 格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水 溶融炉心の落下遅延及び防止	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	緩和	(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留罐)、取水路、取水ビット			○
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	緩和	(原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			○
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出 静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制 原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○ ○ ○	○	緩和	— — —			○
54	69	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B2-7
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイス系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			残留熱除去系A、B、C系注入弁 (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残留溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残留溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
		代替循環冷却系による残留溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)装置 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○						
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		修復性		方針 I/II/III 判定					
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		修復性の 有無等				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)							
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器排気ダクト放射線モニタ							
		使用済燃料プールの監視	○										
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和				○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電機A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)							○
		水の供給 常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直流電源設備による給電 可搬型代替直流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○ ○ ○ ○ ○										
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(普通125V電機A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (普通125V電機A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)			○				
		非常用直流電源設備	○										
		燃料給油設備による給油	○			(普通125V電機A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)							
		原子炉圧力容器内の温度	○			原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル							
		原子炉圧力容器内の圧力	○			原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル							
		原子炉圧力容器への注水量	○			原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル							
		原子炉格納容器内への注水量	○			原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル							
		原子炉格納容器内の温度	○			ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル							
		原子炉格納容器内の圧力	○			ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル							
		原子炉格納容器内の注水量	○			原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○			原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル							
		原子炉格納容器内の放射線量	○			原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル							
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止	起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機軸) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル			○				
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○			原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○			原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル							
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○			原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○			原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○			原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル							

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B2-8
溢水原因:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (スクラムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(スクラムレータ)			
		非常用窒素供給系による窒素確保	○			(スクラムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)							
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系))			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ビット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チェンバ)、海			○
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (原子炉格納容器)			
			○			(原子炉格納容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	—			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器格納器ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位		
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替系注水ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B2-9
溢水原因:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○				原子炉緊急停止系		
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○				制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット		
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止		原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)		○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○				自動減圧系		
		高圧代替注水系による原子炉注水	○				高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)		
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○				(サブプレッション・チェンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)		
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止		(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイス) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)		○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○				原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)		
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○				(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)		
		逃がし安全弁	○				(アキュムレータ) (アキュムレータ)		
		原子炉減圧の自動化	○				主蒸気系がし安全弁排気管		
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○				自動減圧系		
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○				125V系蓄電池A系、B系、HPCS系		
		非常用電源供給系による緊急確保	○				125V系蓄電池A系、B系		
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○				(アキュムレータ) (アキュムレータ)		
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○				(高圧炉心スプレイス注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス注入弁)		
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○				(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)		
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○				(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)		
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○				(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)		
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○				(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)		
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○				残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)		
		緊急用海水系	○				残留熱除去系海水系		
		残留熱除去系海水系	○				(残留熱除去系海水系)		
		非常用取水設備	○				(貯留庫)、取水路、取水ピット		
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○				残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)		
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○				残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)		
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○				残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)		
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○				残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)		
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○				(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)		
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○				(サブプレッション・チェンバ)		
		残留熱除去系海水系による除熱	○				(残留熱除去系海水系)		
		緊急用海水系	○				残留熱除去系海水系		
		残留熱除去系海水系による除熱	○				(貯留庫)、取水路、取水ピット		
		非常用取水設備	○				(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)		
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○				(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)		
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○				(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))		
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○				(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)		
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○				残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)		
		緊急用海水系	○				残留熱除去系海水系		
		残留熱除去系海水系による除熱	○				(残留熱除去系海水系)		
		非常用取水設備	○				(貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)		
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○				残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)		
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○				(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)		
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○				(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)		
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○				(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)		
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○				(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)		
			○				残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)		
			○				(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)		
			○				低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)		
			○				(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系		
			○				(残留熱除去系海水系)		
			○				(貯留庫)、取水路、取水ピット		
			○				(原子炉格納容器)		
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○				—		
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○				(サブプレッション・チェンバ)		
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○				主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)		
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○				—		
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○				—		
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○				—		
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○				—		
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○				—		
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○				残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)		
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○				(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)		
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○				(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)		
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○				残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)		
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○				(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)		

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和				○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)			○
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(貯留庫) 取水路 取水ビット (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)			○
		非常用直流電源設備	○						
		燃料給油設備による給油	○						
		原子炉圧力容器内の温度	○			原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉圧力容器内の圧力	○			原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉圧力容器内の水位	○			原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量			
		原子炉圧力容器への注水量	○			原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力			
		原子炉格納容器内への注水量	○			原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) サブプレッション・プール水位 格納容器下層水位 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の温度	○			ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力			
		原子炉格納容器内の圧力	○			ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力			
		原子炉格納容器内の水位	○			低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下層注水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度	○			格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の放射線量	○			格納容器内放射線モニタ(S/C) 格納容器内放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル			
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○			ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル			
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○			格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度			
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○			格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機)			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○			原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○			主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力			

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B2-10
溢水源:	原子炉隔離時冷却系
溢水量(m3):	288

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備				方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	修復性 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系				○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○		防止	原子炉緊急停止系				○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	×			(サブプレッション・チャンバ)				
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チャンバ)				
46	61	原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○		防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		逃がし安全弁	○			(逃がし安全弁)				
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁排気管)				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系				
		非常用窒素供給系による窒素確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系				
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		(アキュムレータ)							
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	(高圧炉心スプレイ系注入弁)				○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(低圧炉心スプレイ系注入弁)				
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系)				
		緊急用海水系	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	(サブプレッション・チャンバ)				○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)による除熱	○			(原子炉格納容器)				
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チャンバ)				
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)				○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		緊急用海水系	○			(原子炉格納容器)				
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の冷却	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)				○
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			高圧炉心スプレイ系				
51	66	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				○
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイ系				
			○			(サブプレッション・チャンバ)				
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
	○		残留熱除去系海水系							
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(貯留庫)、取水路、取水ピット				○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			高圧炉心スプレイ系				
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)				
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			燃料プール冷却浄化系				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)				
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	燃料プール冷却浄化系				○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(燃料プール冷却浄化系)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			燃料プール冷却浄化系				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(燃料プール冷却浄化系)				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B2-11
溢水源:	原子炉種機冷却系
溢水量(m3):	267

総合判定:	○
-------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	×			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
45	60	高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系遠がし安全弁) (アクチュムレータ) 主蒸気系遠がし安全弁排気管			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		遠がし安全弁	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系遠がし安全弁) (アクチュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による遠がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		遠がし安全弁用可搬型蓄電池による遠がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用電源供給系による差差確保	○			(アクチュムレータ)			
		非常用遠がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			○
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			○
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	×			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チャンバ)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チャンバ)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			○
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○						
		格納容器内酸素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格納容器内酸素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の酸素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内酸素濃度(SA)			
52	67	格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○						
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○						
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○						
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○						
53	68	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給))			○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		回復性 の有無等 判定	方針 I / II, III 判定
		対象施設 (設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○				
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○				
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和		○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○
		水の供給 常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直流電源設備による給電 可搬型代替直流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○ ○ ○ ○ ○ ○	○	○	防止	○
		非常用交流電源設備	○	○			
		非常用直流電源設備	○	○			
		燃料給油設備による給油	○	○			
		原子炉压力容器内の温度	○				
		原子炉压力容器内の圧力	○				
		原子炉压力容器内の水位	○				
		原子炉压力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉压力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-E2-12
溢水源:	低圧炉心スプレイ系
溢水量(m3):	300

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	×	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による電源確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	(残留熱除去系(低圧注水系)) (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	×			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	(残留熱除去系海水系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
			×			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (残留熱除去系海水系)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
			○						

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B2-13
溢水源:	低圧炉心スプレイス系
溢水量(m3):	300

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	×	○	防止	高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイス系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系))			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	×			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系))			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	(残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B1-1
溢水原因:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	×			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				
45	60	高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)				
		逃がし安全弁	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管				
46	61	原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)				
47	62	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				○
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	×			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)				
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)				○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
50	65	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チャンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)				
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	—				
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
53	68	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)				○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限性 維持判定	権限性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B1-2
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			
		高圧炉心スプレイス系	○			高圧炉心スプレイス系			
		原子炉隔離時冷却系	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット	○			(原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(低圧注水系)	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧炉心スプレイス系	○			低圧炉心スプレイス系			
		(サブプレッション・チェンバ)、海	○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)装置 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納容器放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位		
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	R9-B1-9
溢水源:	高圧炉心スプレイ系
溢水量(m3):	378

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリ)の圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (スクラムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(スクラムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
48	63	緊急用海水系	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系)			○
		残留熱除去系海水系	○			(原子炉圧力容器)			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
50	65	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)			○
		緊急用海水系	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チェンバ)			
51	66	格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(貯留庫) 取水路 取水ピット			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			—			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止			○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度		
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 燃料容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機)		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B1-3
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気減圧/安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		高圧炉心スプレイス系	○			高圧炉心スプレイス			
		原子炉隔離時冷却系	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット	○			(原子炉圧力容器)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (サブプレッション・チャンバ) (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(低圧注水系)	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		低圧炉心スプレイス	○			低圧炉心スプレイス			
		(サブプレッション・チャンバ)、海	○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器内酸素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		原子炉格納容器内の酸素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チャンバ)装置 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内酸素濃度(SA)			
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			(原子炉格納容器)			
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			(原子炉格納容器)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給 常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直交流電源設備による給電 可搬型代替直交流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○ ○ ○ ○ ○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B1-4
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンドの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (スクラムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による電源確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(スクラムレータ) (スクラムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
48	63	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替格納容器スプレイ冷却系による除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			高圧炉心スプレイ系			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
			○			(原子炉格納容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(原子炉格納容器)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 維持判定	権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B1-5
溢水源:	残留熱除去海水系
溢水量(m3):	272

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	×	○	防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による電源確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	×			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系)			
		残留熱除去系海水系	○			(原子炉圧力容器)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(格納容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
50	65	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
			×			高圧炉心スプレイス系			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			(サブプレッション・チャンバ) 海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(原子炉格納容器)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			—			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(サブプレッション・チャンバ)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納器ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止	125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水注水流 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位		
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-B1-8
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			(原子炉格納容器)			
			○			—			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型酸素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	○	緩和	—			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(サブプレッション・チャンバ)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出 静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制 原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○	○	緩和	—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレィヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレィヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレィノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレィ	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替系注水ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-1-1
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	×			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)				
		逃がし安全弁	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管				
46	61	原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)				○
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)、海				
47	62	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	原子炉圧力容器 (サブプレッション・チェンバ)				○
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	×			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)				
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)				○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)				
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	—				
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
53	68	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止	(貯留罐) 取水路 取水ピット (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力		
		原子炉格納容器内の圧力	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内放射線モニタ(S/C) 格納容器系放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水位 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-1-2
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)				
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系がし安全弁排気管				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)				
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系				
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(残留熱除去系海水系)				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
			○			(原子炉格納容器)				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内水素濃度(SA)				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限性 維持判定	権限性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {常用電源設備}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-1-3
溢水原因:	残留熱除去系
溢水量(m ³):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	回復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンネル) (原子炉隔離時冷却系)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チャンネル) (高圧炉心スプレイス系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(原子炉圧力容器)			
		逃がし安全弁	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)			
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁排気管)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(アキュムレータ)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		緊急用海水系	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系海水系	○			(サブプレッション・チャンネル)、海			
		非常用取水設備	○			(原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンネル)、海			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンネル)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンネル)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系))			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系海水系			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(原子炉格納容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チャンネル)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チャンネル)			
		非常用取水設備	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系))			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンネル)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンネル)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンネル)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チャンネル)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(残留熱除去系海水系)			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○						
		格納容器内酸素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンネル)装置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル			
		原子炉格納容器内の酸素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			格納容器内酸素濃度(SA)			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○						
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○						
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○						
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンネル)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
			○			(サブプレッション・チャンネル)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {常用電源設備}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-1-7
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリによる圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (スクラムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による電源確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(スクラムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
48	63	緊急用海水系	○		防止	残留熱除去系海水系			○
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		非常用取水設備	○			(原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
50	65	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○		緩和	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
			○			高圧炉心スプレイ系			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ)			○
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
53	68	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	—			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			格納容器内水素濃度(SA)			
54	69	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		防止	—			○
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)						

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		○	※3				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-2-1
溢水源:	給水系
溢水量(m3):	289

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (サブプレッション・チェンバ)			
		逃がし安全弁	○			(主蒸気系がし安全弁) (サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器内酸素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内酸素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の酸素濃度及び酸素濃度監視	○			—			
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
53	68	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク～非常用ディーゼル発電機 送路) (125V系蓄電池A系・B系・HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A系・B系) (普通125V電線A系・B系・HPCS系直流125V主母線2A・2B・HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A・2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A・2B 電路) (125V系蓄電池A系・B系・HPCS系～直流125V主母線2A・2B・HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A系・B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A・2B 電路)		○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○		(給油車タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク～非常用ディーゼル発電機 送路) (125V系蓄電池A系・B系・HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A系・B系) (普通125V電線A系・B系・HPCS系直流125V主母線2A・2B・HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A・2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A・2B 電路) (125V系蓄電池A系・B系・HPCS系～直流125V主母線2A・2B・HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A系・B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A・2B 電路)		
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度		
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉心スプレイ系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ビット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電機A, B, HPCS系直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	×				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止			○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位		○
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル) 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破損	総合判定 ○
発生区画:	RB-2-3	
溢水量(m3):	残留熱除去系 324	

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性		方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	時間性の 有無等	判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系				○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (スクラムレーク)				○
		原子炉減圧の自動化	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用緊急供給系による緊急補償	○			(スクラムレーク) (スクラムレーク)				
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注入弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)				○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉圧力容器)				
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉圧力容器)				
48	63	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○		防止	残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				○
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット				
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)				
49	64	耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱 (サブプレッション・チェンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ)				
50	65	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系) (貯留庫) 取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ)				
51	66	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チェンバ)				○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ) 海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ)				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)				
53	68	原子炉排気ガス処理系による水素排出	○		緩和	—				○
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		原子炉排気内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)				
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備			個別機能 維持判定
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和		○	
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○	
		水の供給	○		(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (軽油貯蔵タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)			
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止		○	
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラップ水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力			
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○	
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働域用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-2-4
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンネル) (原子炉隔離時冷却系)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チャンネル) (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		逃がし安全弁	○			(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (スクラムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(スクラムレータ) (スクラムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンネル) 残留熱除去系(低圧注水系)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンネル)、海 (原子炉圧力容器)				
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンネル) (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンネル) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンネル)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンネル)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンネル)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンネル) (サブプレッション・チャンネル)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンネル) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンネル) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンネル) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンネル) 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チャンネル) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系				
			○			(サブプレッション・チャンネル)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(残留熱除去系海水系)				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンネル) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝結水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チャンネル) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレィヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			(サブプレッション・チャンネル) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレィヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレィノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			(サブプレッション・チャンネル) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-2-5
溢水源:	残留熱除去海水系
溢水量(m3):	287

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	×			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)				
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		非常用電源供給系による電源確保	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)				○
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	×			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系)				
		緊急用海水系	○			(原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)による除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)				○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫) 取水路 取水ピット (原子炉格納容器)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系				
			○			(サブプレッション・チャンバ)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系				
			○			(サブプレッション・チャンバ)				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(貯留庫) 取水路 取水ピット				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		可搬型酸素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内酸素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		原子炉格納容器内の酸素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内酸素濃度(SA)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—				
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	×				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止			○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度		
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-2-8
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	324

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—	—	—	—
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		高圧代替注水系による原子炉注水	×			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
46	61	原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		逃がし安全弁	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉減圧の自動化	○			(逃がし安全弁)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			(アクチュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アクチュムレータ)			
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)							
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系)	—	—	○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	×			(原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)	—	—	○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(海水系)			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)	—	—	○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(海水系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(海水系)	—	—	○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)			
51	66	格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和	高圧炉心スプレイ系	—	—	○
		原子炉隔離時冷却系	×			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉緊急停止系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(低圧注水系)	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧炉心スプレイ系	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
		残留熱除去系(海水系)	○			残留熱除去系(海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(海水系)			
		貯留庫、取水路、取水ビット	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
52	67	不活性化ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	原子炉格納容器	—	—	○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉格納容器内の水素濃度監視設備	○	○	緩和	—	—	—	○
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)	—	—	○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備				個別機能 維持判定	
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ					
		使用済燃料プールの監視	○							
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○		
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○		
		水の供給	○		(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット					
		常設代替交流電源設備による給電	○		2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機					
		所内常設直流電源設備による給電	○		2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○		125V系蓄電池A系・B系・HPCS系					
		代替所内電気設備による給電	×		非常用所内電気設備					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○		
		非常用交流電源設備	○		125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖型 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (給油庫タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)					
		燃料給油設備による給油	○		(給油庫タンク) 2C・2D・非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル					
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル					
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル					
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量					
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・プール水位 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル					
		原子炉格納容器内への注水量	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		主要パラメータの他チャンネル					
		原子炉格納容器内の放射線量	○		主要パラメータの他チャンネル 格納容器系排気放射線モニタ(S/C) 格納容器系排気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○		
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水位 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水位 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和		○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○
		水の供給	○		(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド開閉装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) 貯留罐ダクト (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止		○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下槽水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下槽注水流 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 低圧代替注水系格納容器下槽注水流 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-2-10
溢水源:	原子炉隔離冷却系
溢水量(m3):	267

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3					
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)				
		逃がし安全弁	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管				
46	61	原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)				○
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)				
47	62	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				○
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		残留熱除去系海水系	○							
		非常用取水設備	○							
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○							
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
			○			(原子炉格納容器)				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ) — (サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○							
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出 静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制 原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○	○	緩和	— — —				○
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレッド	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-2-11
溢水源:	原子炉種別冷却系
溢水量(m3):	267

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○	
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット						
		ほう酸水注入系	○	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)						
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○	(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)						
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○	(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイス系)						
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気遠がし安全弁) (アキュムレータ)				
46	61	遠がし安全弁	○		防止	主蒸気遠がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ) (アキュムレータ)			○	
		原子炉減圧の自動化	○	(高圧炉心スプレイス系注入弁)						
		可搬型代替直流電源設備による遠がし安全弁機能回復	○	(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)						
		遠がし安全弁用可搬型蓄電池による遠がし安全弁機能回復	○	(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)						
		非常用駆動系による差差確保	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
		非常用遠がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイス系注入弁)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)				
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○	
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	残留熱除去系(低圧注水系)						
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)						
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
48	63	格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○	
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)						
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○	
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)						
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)						
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○	
		格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)						
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)						
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)						
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(残留熱除去系海水系)				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○	
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○	—						
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○	(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル						
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	格納容器内水素濃度(SA)						
		格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
53	68	原子炉排気ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○	
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○	—						
		原子炉排気内の水素濃度監視設備	○	—						
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)						
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				

乗文 (EP)	乗文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			復元性 判断	方針 I/II/III 判断
		対象施設 (設備)	個別機能 維持判定	乗文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			(サブプレッショ・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○						
		航空機燃料火災への消火	○						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	- 取水路 取水ピット (サブプレッショ・チェンバ) 原子炉格納停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備			○
		水の供給	○						
		常設代替交流電源設備による給電	○						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○						
		所内常設直流電源設備による給電	○						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○						
		代替所内電気設備による給電	○						
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド開閉装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)			○
		非常用直流電源設備	○			125V系蓄電池A, B, HPCS系 (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電機A, B, HPCS～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)			
		燃料給油設備による給油	○			格納容器スラック (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系)			
		原子炉圧力容器内の温度	○			原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッショ・チェンバ圧力 サブプレッショ・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 原子炉水位(燃料域) サブプレッショ・プール水位 格納容器下部水位 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉圧力容器内の圧力	○						
		原子炉圧力容器内の水位	○						
		原子炉圧力容器への注水量	○						
		原子炉格納容器内への注水量	○						
		原子炉格納容器内の温度	○						
		原子炉格納容器内の圧力	○						
		原子炉格納容器内の水位	○						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○						
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッショ・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッショ・プール水位 ドライウエル圧力 サブプレッショ・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッショ・チェンバ圧力 フィルタ設置口クラッキング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッショ・プール水位 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃し装置)	○						
		最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)	○						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○						

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	FB-2-12
溢水源:	原子炉種機冷却系
溢水量(m3):	267

総合判定
○

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3					
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
44	59	再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				○
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高压代替注水系による原子炉注水	○			高压炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
45	60	原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○		防止	(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系) 高压炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				○
		高压炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (高压炉心スプレイ系) (原子炉圧力容器)				
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力(カバウンダリ)の圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)				
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(アキュムレータ) 主蒸気系逃がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ) (アキュムレータ)				○
		原子炉減圧の自動化	○			(高压炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(残留熱除去系 A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残留溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残留溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)				
47	62	代替循環冷却系による残留溶融炉心の冷却	○		防止	(サブプレッション・チェンバ)				○
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		残留熱除去系海水系	○			(貯留罐) 取水路 取水ピット				
		非常用取水設備	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)				
		耐圧進化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉格納容器)				
48	63	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○		防止	(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)				○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			(貯留罐) 取水路 取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)				
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○		防止	(サブプレッション・チェンバ)				○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留罐) 取水路 取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(残留熱除去系海水系) (貯留罐) 取水路 取水ピット				○
50	65	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウエル部)への注水	○			(原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウエル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	高压炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				○
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (残留熱除去系海水系)				
			○			(貯留罐) 取水路 取水ピット				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			(原子炉格納容器)				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ)				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器内酸素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		原子炉格納容器内の酸素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の酸素及び酸素の排出	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		原子炉揮発ガス処理系による酸素排出	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		静電凝集式水素再結合器による酸素濃度抑制	○			(原子炉格納容器)				
53	68	原子炉揮発内の酸素濃度監視設備	○		緩和	—				○
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	(残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)				○
			○			(残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○					
		航空機燃料火災への消火	○					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)			
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	防止				○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量			
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度			
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル			
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル			
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル			
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-3-1
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	324

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3					
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	×			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)				
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	×		防止	(サブプレッション・チャンバ) (原子炉圧力容器)				○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫) 取水路 取水ピット (原子炉格納容器)				
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫) 取水路 取水ピット (原子炉格納容器)				
50	65	代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				○
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チャンバ)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チャンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(残留熱除去系海水系)				
			○			(貯留庫) 取水路 取水ピット				
			○			(原子炉格納容器)				
			○			—				
			○			(サブプレッション・チャンバ)				
			○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内				
			○			主要パラメータの他チャンネル				
			○			格納容器内水素濃度(SA)				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			—				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			—				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替系注水ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-3-2
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設 (設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類	設計基準事故対応設備	修復性		方針 I / II Ⅲ判定
							個別機能維持判定	修復性の有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入 再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制 ほう酸水注入系 自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	○	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット 原子炉圧力容器 自動減圧系			○
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水 原子炉隔離時冷却系による原子炉注水 高圧炉心スプレイ系による原子炉注水 ほう酸水注入系による原子炉注水 (ほう酸水注入) 原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○	○	○	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [原子炉隔離時冷却系] 高圧炉心スプレイ系 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [高圧炉心スプレイ系] 原子炉隔離時冷却系 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット 原子炉圧力容器 [遠がし安全弁] [主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ] [主蒸気系配管・遠がし安全弁] [アキュムレータ] [サプレッション・チャンバ]			○
46	61	遠がし安全弁 原子炉減圧の自動化 可搬型代替直流電源設備による遠がし安全弁機能回復 遠がし安全弁用可搬型蓄電池による遠がし安全弁機能回復 非常用駆動装置による駆動確保 非常用遠がし安全弁駆動系による原子炉減圧 インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	○	○	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット 遠がし安全弁 [主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ] [主蒸気系配管・遠がし安全弁] [アキュムレータ] [サプレッション・チャンバ] 主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 [アキュムレータ] [アキュムレータ] [高圧炉心スプレイ系注入弁] [原子炉隔離時冷却系原子炉注水注入弁] [低圧炉心スプレイ系注入弁] [残留熱除去系A、B、C系注入弁] [残留熱除去系 (低圧注水系)] 低圧炉心スプレイ系 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ]、海 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [残留熱除去系 (低圧注水系)] 低圧炉心スプレイ系 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [原子炉隔離時冷却系] 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [残留熱除去系A系注水] [残留熱除去系海注水] [貯留庫]、取水路、取水ピット			○
47	62	低圧代替注水系 (常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる) 低圧代替注水系 (可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる) 代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却 低圧炉心スプレイ系による原子炉注水 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱 緊急用海水系 残留熱除去系海水系 非常用取水設備	○	○	○	残留熱除去系 (低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ]、海 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [残留熱除去系 (低圧注水系)] 低圧炉心スプレイ系 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [原子炉隔離時冷却系] 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [残留熱除去系 (低圧注水系)] 低圧炉心スプレイ系 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [原子炉隔離時冷却系] 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [残留熱除去系海注水] [残留熱除去系海注水] [貯留庫]、取水路、取水ピット			○
48	63	格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 残留熱除去系 (原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱 残留熱除去系 (サプレッション・プール冷却系)によるサプレッション・プール水の除熱 残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱 残留熱除去系海注水による除熱 緊急用海水系 非常用取水設備	○	○	○	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系) [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [格納容器] [サプレッション・チャンバ] [残留熱除去系海注水] [残留熱除去系海注水] [貯留庫]、取水路、取水ピット			○
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系 (常設)による原子炉格納容器内の冷却 代替格納容器スプレイ冷却系 (可搬型)による原子炉格納容器内の冷却 残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱 残留熱除去系 (サプレッション・プール冷却系)によるサプレッション・プール水の除熱 緊急用海水系 残留熱除去系海注水による除熱 非常用取水設備	○	○	○	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系) [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [格納容器] [サプレッション・チャンバ] [残留熱除去系海注水] [残留熱除去系海注水] [貯留庫]、取水路、取水ピット [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [残留熱除去系海注水] [残留熱除去系海注水] [貯留庫]、取水路、取水ピット			○
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 格納容器下部注水系 (常設)によるベドスタル (ドライウエル部)への注水 格納容器下部注水系 (可搬型)によるベドスタル (ドライウエル部)への注水	○	○	○	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系) [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [格納容器] [サプレッション・チャンバ] [残留熱除去系海注水] [残留熱除去系海注水] [貯留庫]、取水路、取水ピット [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [残留熱除去系海注水] [残留熱除去系海注水] [貯留庫]、取水路、取水ピット			○
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	○	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット 原子炉圧力容器 [残留熱除去系 (低圧注水系)] 低圧炉心スプレイ系 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] 海 [残留熱除去系海注水] [残留熱除去系海注水] [貯留庫]、取水路、取水ピット [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ]			○
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度 (SA)及び格納容器内酸素濃度 (SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視 格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	○	[原子炉格納容器] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット 原子炉圧力容器 [残留熱除去系 (低圧注水系)] 低圧炉心スプレイ系 原子炉圧力容器 [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] 海 [残留熱除去系海注水] [残留熱除去系海注水] [貯留庫]、取水路、取水ピット [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] [原子炉格納容器] [サプレッション・チャンバ] 主要パラメータ (フィルタ装置出口放射線モニタ (高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度 (SA)			○
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出 静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制 原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○	○	○	[原子炉格納容器]			○
54	69	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系 (常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	○	残留熱除去系 (使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 [使用済燃料プール] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] 残留熱除去系 (使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 [使用済燃料プール] [使用済燃料プール] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] 残留熱除去系 (使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 [使用済燃料プール] [使用済燃料プール] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] 残留熱除去系 (使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 [使用済燃料プール] [使用済燃料プール] [サプレッション・チャンバ] [サプレッション・チャンバ] 残留熱除去系 (使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 [使用済燃料プール] [使用済燃料プール]			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		重複性 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ビット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止			○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ装置スクラッピング水温度 フィルタ装置圧力 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-3-3
溢水源:	配水系
溢水量(m3):	127

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定			
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定					
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3							
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット						
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)						
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)						
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	×		防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)						
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)						
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)						
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)						
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			○			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管						
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系						
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系						
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系						
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)						
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			残留熱除去系(A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)						
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)						
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)						
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)						
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット						
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)						
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)						
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			○			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)						
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)						
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)						
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系						
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット						
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)						
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)						
		緊急用海水系	○			(原子炉格納容器)						
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)						
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット						
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)						
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット						
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)						
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)						
						×				高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)		
						○				制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)		
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○			
			○			(サブプレッション・チェンバ)						
			○			残留熱除去系(低圧注水系)						
			○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)						
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系						
			○			残留熱除去系海水系						
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット						
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)						
52	67	格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○		緩和				○			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(サブプレッション・チェンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)						
53	68	原子炉排気ガス処理系による水素排出	○		緩和				○			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○									
		原子炉排気内の水素濃度監視設備	○									
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)						
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)						
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)						
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)						
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)						
			○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)						

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○				
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○				
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和		○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止		○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○				
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備				設計基準事故対応設備				重複性		方針 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働域用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)								
		水源の確保	○											
		原子炉建屋内の水素濃度	○											
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○											
		使用済燃料プールの監視	○											
		発電所内の通信連絡	○											
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○											
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○											
		その他	○											
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	中央制御室換気系による居住性の確保 (中央制御室換気) (中央制御室換気系)							○	
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○											
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○											
		中央制御室待避室による居住性の確保	○											
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○											
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○											
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○											
60	75	放射線量の測定	○		○	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備							○	
		放射能観測車の代替測定	○											
		気象観測設備の代替測定	○											
		放射線量の測定	○											
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○											
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○											
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○											
61	76	放射線量の測定	○		○	放射線量の測定							○	
		必要な情報の把握	○											
		通信連絡	○											
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○											
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	【安全パラメータ表示システム(SPDS)】 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 【安全パラメータ表示システム(SPDS)】							○	
		発電所外(社内)の通信連絡	○											

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-3-4
溢水源:	配水系
溢水量(m3):	127

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンドの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系遠がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	遠がし安全弁	○	○	防止	主蒸気系遠がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)			
		可搬型代替直流電源設備による遠がし安全弁機能回復	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		遠がし安全弁用可搬型蓄電池による遠がし安全弁機能回復	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		非常用駆動系による駆動確保	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		非常用遠がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和	(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)装置 主要パラメータの放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			—			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		○	※3				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-3-5
溢水源:	原子炉再循環系
溢水量(m3):	1

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による電源確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水注入弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系))			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○						
		格納容器内酸素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉格納容器内の酸素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内酸素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○						
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○						
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○						
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○						
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)			○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○					
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○					
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○					
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○		中央制御室照明			
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○					
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○					
60	75	放射線量の測定	○		○	※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備			○
		放射能観測車の代替測定	○		○					
		気象観測設備の代替測定	○		○					
		放射線量の測定	○		○					
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○		○					
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○					
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○					
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○		○		[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備			
		通信連絡	○		○					
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○					
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)			○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○					

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-3-6
溢水源:	原子炉再循環系
溢水量(m3):	1

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—	—	—	—
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
46	61	ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		逃がし安全弁	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)			
		原子炉減圧の自動化	○			(アキュムレータ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			主蒸気系がし安全弁排気管			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	125V系蓄電池A系、B系、HPCS系	—	—	○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			125V系蓄電池A系、B系			
48	63	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(アキュムレータ)	—	—	○
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系))			
		緊急用海水系	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系海水系	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系))			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ)	—	—	○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系))			
		非常用取水設備	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(原子炉格納容器)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の冷却	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ)	—	—	○
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系))			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (サブプレッション・チャンバ)			
51	66	格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和	(原子炉格納容器)	—	—	○
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(原子炉格納容器)	—	—	○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(原子炉格納容器)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チャンバ)装置 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—	—	—	○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(燃料プール冷却浄化系) (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)	—	—	○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○					
		航空機燃料火災への消火	○					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)			
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	防止				○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力容器の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水注水流 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 低圧代替注水系格納容器下排水注水流 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力			
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-3-7
溢水源:	原子炉種機冷却系
溢水量(m3):	267

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残存溶融炉心冷却系) (低圧炉心スプレイス系) (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
			○			—			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	○	緩和	(原子炉格納容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備					
		大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和	(サブプレッション・チェンバ)					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納器ダクト放射線モニタ					
		使用済燃料プールの監視	○							
			○							
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	緩和				○		
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備			○		
		水の供給 常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直流電源設備による給電 可搬型代替直流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○ ○ ○ ○ ○							
57	72	非常用交流電源設備	×	防止	125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (給油庫ダクト) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系)			○		
		非常用直流電源設備	○							
		燃料給油設備による給油	○	防止	(給油庫ダクト) 2C・2D・非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(燃料域)の他チャンネル 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) サブプレッション・プール水位 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 原子炉格納容器内水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位					
		原子炉圧力容器内の温度	○							
		原子炉圧力容器内の圧力	○							
		原子炉圧力容器内の水位	○							
		原子炉圧力容器への注水量	○							
		原子炉格納容器内への注水量	○							
		原子炉格納容器内の温度	○							
		原子炉格納容器内の圧力	○							
		原子炉格納容器内の水位	○							
		原子炉格納容器内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の放射線量	○							
58	73	未臨界の維持又は確認	○		防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系格納) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル			○	
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○							
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○							
		最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)	○							
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○							
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○							
			○							
			○							
			○							

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-3-8
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	382

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
45	60	高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリによる原子炉注水	○			(高圧炉心スプレイ系) (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリによる原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリによる原子炉注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリによる原子炉注水	○			(遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系配管・遠がし安全弁)			
		遠がし安全弁	○			(アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による遠がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		遠がし安全弁用可搬型蓄電池による遠がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による電源確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用遠がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-4-1
溢水源:	原子炉種機冷却系
溢水量(m3):	298

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	×			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)				
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)				○
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	×			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)装置 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)				
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
53	68	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納器ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止			○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力		
		原子炉格納容器内の圧力	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内放射線モニタ(S/C) 格納容器内放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水位 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水位 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○	○	○	○	○	○
60	75	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		気象観測設備の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○	○	○	○	○	○
61	76	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○		○	○	○	○	○	○
		通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○	○	○	○	○	○
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	RB-4-2	
溢水量:	原子炉種機冷却系	

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	※3			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	×	防止	○	○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	×				
		ほう酸水注入系	○				
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○				
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止		○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○				
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○				
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○				
		原子炉冷却材圧カバウンダリによる圧力上昇抑制	○				
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止		○
		原子炉減圧の自動化	○				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○				
		非常用駆動系による緊急確保	○				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○				
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止		○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○				
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○				
		緊急用海水系	○				
残留熱除去系海水系	○						
非常用取水設備	○						
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止		○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○				
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○				
		残留熱除去系海水系による除熱	○				
		緊急用海水系	○				
非常用取水設備	○						
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止		○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○				
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○				
		緊急用海水系	○				
残留熱除去系海水系による除熱	○						
非常用取水設備	○						
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和		○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○				
51	66	格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和		○
			○				
			○				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○				
			○				
			○				
			○				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和		○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○				
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和		○
		原子炉種機ガス処理系による水素排出	○				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○				
		原子炉種機内の水素濃度監視設備	○				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止		○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○				
			○				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ビット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止			○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力		
		原子炉格納容器内の圧力	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水位 残留熱除去系熱交換器入口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウエル圧力 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウエル圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-4-3
溢水源:	残留熱除去系
溢水量(m3):	324

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—	—	—	—
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)	—	—	○
		高圧代替注水系による原子炉注水	×			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
46	61	ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)	—	—	○
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系遠がし安全弁)			
		遠がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系遠がし安全弁排気管 自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による遠がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		遠がし安全弁用可搬型蓄電池による遠がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
47	62	非常用緊急供給系による緊急確保	○	○	防止	(アキュムレータ)	—	—	○
		非常用遠がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系/原子炉注水注入弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
48	63	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	○	防止	(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)	—	—	○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	×			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
49	64	緊急用海水系	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)	—	—	○
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		非常用取水設備	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
50	65	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	—	—	○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
51	66	非常用取水設備	○	○	緩和	残留熱除去系海水系	—	—	○
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
52	67	残留熱除去系海水系による除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系	—	—	○
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チェンバ)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(残留熱除去系海水系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
53	68	緊急用海水系	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の冷却	—	—	○
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
54	69	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)	—	—	○
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(残留熱除去系海水系)			
55	70	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)	—	—	○
		可搬型緊急供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(原子炉格納容器)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
56	71	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)	—	—	○
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
57	72	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)	—	—	○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイスノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイスノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイスノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイスノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイスノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		○	※3				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-4-5
溢水源:	燃料プール冷却系
溢水量(m3):	83

総合判定:	○
-------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系 原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	×			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット	○		
44	59	ほう酸水注入系	○	×	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
		逃がし安全弁	○			主蒸気逃がし安全弁排気管 自動減圧系			
46	61	原子炉減圧の自動化	○	○	防止	125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系			○
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(アキュムレータ)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(アキュムレータ)			
		非常用駆動系供給系による差差補償	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			○
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残存溶融炉心の冷却を兼ねる) (原子炉圧力容器)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ビット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ビット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ビット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系 残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
			○			(原子炉格納容器)			
			○			—			
			○			(サブプレッション・チェンバ) 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
51	66	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	○	緩和	(原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
52	67	原子炉操縦室ガス処理系による水素排出 静的無様式水素再結合器による水素濃度抑制 原子炉操縦室内の水素濃度監視設備	○	○	緩和	—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○	○	○	○	○	○
60	75	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		気象観測設備の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○	○	○	○	○	○
61	76	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○		○	○	○	○	○	○
		通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○	○	○	○	○	○
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-4-6
溢水源:	燃料プール冷却系
溢水量(m3):	83

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	×	○	防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリ)の圧力上昇抑制	○			(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁排気管)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		非常用窒素供給系による窒素確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(アキュムレータ)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(残存熱除去系A、B、C系注入弁)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残存熱除去系(低圧注水系)			
		残存熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チャンバ)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残存熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残存熱除去系(低圧注水系))			
		残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による除熱	○			残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		緊急用海水系	○			(原子炉格納容器)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(残存熱除去系(低圧注水系))			
		緊急用海水系	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和	制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残存熱除去系(低圧注水系)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			残存熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			残存熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(原子炉格納容器)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			—			
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ)			○
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル			
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○			主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			格納容器内水素濃度(SA)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			—			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残存熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残存熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限性 維持判定	権限性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)			○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○					
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○					
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○					
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○		中央制御室照明			
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○					
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○					
60	75	放射線量の測定	○		○	※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備			○
		放射能観測車の代替測定	○		○					
		気象観測設備の代替測定	○		○					
		放射線量の測定	○		○					
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○		○					
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○					
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○					
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○		○		[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備			
		通信連絡	○		○					
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○					
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)			○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○					

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-4-7
溢水源:	燃料プール冷却系
溢水量(m3):	83

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定				
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定					
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—							
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット							
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)							
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)							
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	×		防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)							
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)							
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系)							
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)							
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			○				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管							
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系							
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系							
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系							
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁)							
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)							
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)							
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器)							
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)							
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系))							
		緊急用海水系	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)							
		残留熱除去系海水系	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系海水系							
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット							
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)							
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)							
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)							
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)							
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(原子炉格納容器)							
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系海水系							
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系							
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット							
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)							
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)							
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)							
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)							
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)							
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系海水系							
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット							
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系海水系							
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット							
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)							
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)							
						×				高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
						○				(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水系)			○				
			○			低圧炉心スプレイス系							
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海							
			○			残留熱除去系海水系							
			○			残留熱除去系海水系							
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット							
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—							
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ)							
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)							
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○										
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)							
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			燃料プール冷却浄化系							
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(使用済燃料プール)							
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ)							
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)							
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○		防止	燃料プール冷却浄化系			○				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(使用済燃料プール)							
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)							
			○			燃料プール冷却浄化系							

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止			○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力		
		原子炉格納容器内の圧力	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内放射線モニタ(S/C) 格納容器内放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水位 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水位 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		○	※3				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-4-9
溢水源:	燃料プール冷却系
溢水量(m3):	83

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	×	○	防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	(低圧炉心スプレイス系注入弁)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系A, B, C系注入弁)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系(低圧注水系))			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による除熱	○			(格納容器スプレイス冷却系)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	緊急用海水系			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	非常用取水設備			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○			送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別: 想定破壊
発生区画: RB-4~12
溢水原因: 原子炉格納容器
溢水量(m3): 267

総合判定: O

Main evaluation table with columns: 条文 (CP), 対象施設 (設備), 個別機能維持判定, 条文判定, 分類, 設計基準事故対応設備, 個別機能維持判定, 確信性の有無等, 判定, 方針 / II, III 判定. Rows 43-69 detail various safety systems like core cooling and containment.

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○					
		航空機燃料火災への消火	○					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-4-15
溢水源:	原子炉種間冷却系
溢水量(m3):	298

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3					
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	×			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)				
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管				
46	61	可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系				○
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(アキュムレータ)				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ)、海				
47	62	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				○
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	×			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)				
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)				○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)				○
50	65	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チャンバ)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チャンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(残留熱除去系海水系)				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)				
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	—				
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
53	68	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止			○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度		
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {常用電源設備}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破損	総合判定 ○
発生区画:	RB-4-17	
溢水源:	原子炉種別冷却系	
溢水量(m3):	298	

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備				
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	修復性 判定	方針 I/II/III 判定
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
	59	ほう酸水注入系	○		防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	×			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				
	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(過がし安全弁) (主蒸気系配管・過がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気過がし安全弁)				
		過がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気過がし安全弁排気管				
		可搬型代替直流電源設備による過がし安全弁機能回復	○			自動減圧系				
		過がし安全弁用可搬型蓄電池による過がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用過がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水注入弁) (低圧炉心スプレイス注入弁)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系 A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		防止	(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				○
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	×			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器圧力過がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○		防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		格納容器圧力過がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				○
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)装置 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内水素濃度(SA)				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)				
		格納容器圧力過がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
		原子炉排気ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉建屋内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレィヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレィヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレィノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレィ	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)			○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○					
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○					
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○					
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○		中央制御室照明			
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○					
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○					
60	75	放射線量の測定	○		○	※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備			○
		放射能観測車の代替測定	○		○					
		気象観測設備の代替測定	○		○					
		放射線量の測定	○		○					
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○		○					
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○					
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○					
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○		○		[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備			
		通信連絡	○		○					
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○					
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)			○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○					

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-4-19
溢水源:	原子炉隔離冷却系
溢水量(m3):	267

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	×			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイ系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
		逃がし安全弁	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管			
46	61	原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	×			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	×			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
			○			—			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ) — 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
53	68	原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○	○	緩和	—			○
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止	125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度		
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉心スレイ系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機軸) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替系注水ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {常用電源設備}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	RB-4-22	○
溢水原因:	消火系	
溢水量(m3):	33	

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	×		防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (スクラムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(スクラムレータ) (スクラムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	×			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ) 海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○						
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	×		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ	○ ○	
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和		○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○
		水の供給 常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直流電源設備による給電 可搬型代替直流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○ ○ ○ ○ ○				
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止		○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○				
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-4-23
溢水量:	配水系
溢水量(m3):	130

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定					
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定						
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—								
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○					
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット								
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)								
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)								
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	×	○	防止	高圧炉心スプレイス			○					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)								
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)								
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)								
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)								
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁)			○					
		原子炉減圧の自動化	○			(アキュムレータ)								
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			主蒸気逃がし安全弁排気管								
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系								
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系								
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ)								
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水注入弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系))								
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○					
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)								
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			残留熱除去系(低圧注水系)								
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(原子炉圧力容器)								
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)、海								
		緊急用海水系	○			(原子炉圧力容器)								
		残留熱除去系海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)								
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)								
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○					
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)								
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)								
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)								
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)								
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)								
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)								
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット								
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○					
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)								
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(格納容器)								
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)								
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)								
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット								
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)								
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系			○					
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット								
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)								
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)								
							×				高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
						溶融炉心の落下遅延及び防止	○				制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
51	66		○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系)			○					
			○			低圧炉心スプレイス系								
			○			(サブプレッション・チェンバ)								
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海								
			○			残留熱除去系海水系								
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット								
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(原子炉格納容器)			○					
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—								
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル								
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)								
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○					
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—								
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—								
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)								
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)								
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)								
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○					
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			—								
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)								

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-5-1
溢水源:	原子炉種凝冷却系
溢水量(m ³):	298

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○	
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	×		防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイス系)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			○	
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)				
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○	
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器)				
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	×			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
		緊急用海水系	○			(原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○	
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○	
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット			○	
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
			×			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○	
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)装置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○	
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレィヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレィヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレィ	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○	
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレィノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 維持判定	権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {常用電源設備}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-5-2
溢水源:	原子炉種凝冷却系
溢水量(m ³):	298

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—	—	—	—
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
46	61	ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		逃がし安全弁	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)			
		原子炉減圧の自動化	○			(アキュムレータ) 主蒸気系がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○	(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)							
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系)	—	—	○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
48	63	緊急用海水系	○	○	防止	残留熱除去系海水系	—	—	○
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) (原子炉圧力容器)			
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)	—	—	○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(格納容器スプレイ冷却系)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)	—	—	○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
51	66	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系	—	—	○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		—	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		—	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系)	—	—	○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			低圧炉心スプレイ系			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系			
		—	○			残留熱除去系海水系			
		—	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
53	68	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)	—	—	○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			—			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		—	○			—			
		—	○			—			
54	69	原子炉種凝冷却系による水素排出	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)	—	—	○
		静的無揮発性水素再結合器による水素濃度抑制	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		原子炉種凝冷却系による水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)							

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	×					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {常用電源設備}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	RB-5-3	
溢水源:	原子炉種凝冷却系	
溢水量(m3):	298	

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備			修復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	時間性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入 再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制 ほう酸水注入系 自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○ ○ ○ ○	○	防止	原子炉緊急停止系 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 自動減圧系 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) (逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アクチュムレータ) (アクチュムレータ) 主蒸気逃がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アクチュムレータ) (アクチュムレータ) (高圧炉心スプレイス注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注入弁) (低圧炉心スプレイス注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器) 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット			
46	61	逃がし安全弁 原子炉減圧の自動化 可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復 逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復 非常用窒素供給系による窒素確保 非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	(高圧炉心スプレイス注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注入弁) (低圧炉心スプレイス注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器) 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる) 低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる) 代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却 低圧炉心スプレイスによる原子炉注水	○ ○ ○ ○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱 緊急用海水系 残留熱除去系海水系 非常用取水設備 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱 残留熱除去系海水系による除熱 緊急用海水系 残留熱除去系海水系 非常用取水設備	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却 代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱 緊急用海水系 残留熱除去系海水系による除熱 非常用取水設備	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水 格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水 溶融炉心の落下遅延及び防止	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	緩和	(原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系 残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	緩和	(原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉排気ガス処理系による水素排出 静電凝縮式水素再結合器による水素濃度抑制 原子炉排気内の水素濃度監視設備	○ ○ ○	○	緩和	— — —			
54	69	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズ)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 維持判定	権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	×					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-5-4
溢水源:	原子炉種凝冷却系
溢水量(m3):	298

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3					
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉圧力容器				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)				
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)				
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)				○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス (サブプレッション・チャンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(残留熱除去系海水系)				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○							
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内水素濃度(SA)				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)				
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和					
		原子炉排気ガス処理系による水素排出	○							
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○							
		原子炉排気内の水素濃度監視設備	○							
53	68	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	×					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-5-6
溢水源:	配水系
溢水量(m3):	133

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気遠がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	遠がし安全弁	○	○	防止	主蒸気遠がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)			
		可搬型代替直流電源設備による遠がし安全弁機能回復	○			(低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
		遠がし安全弁用可搬型蓄電池による遠がし安全弁機能回復	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		非常用駆動系による駆動確保	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		非常用遠がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
48	63	格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系海水系			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系海水系			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系海水系			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫) 取水路 取水ピット			○
		格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和	(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チェンバ) 海 残留熱除去系海水系 残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チェンバ) 海 残留熱除去系海水系 残留熱除去系海水系			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	(原子炉格納容器)			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 維持判定	権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	×					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○	○	○	○	○	○
60	75	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		気象観測設備の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○	○	○	○	○	○
61	76	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○		○	○	○	○	○	○
		通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○	○	○	○	○	○
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破損
発生区画:	RB-5-8
溢水源:	原子炉冷却材浄化系
溢水量(m ³):	54

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備				修復性 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
44	59	代替制御挿入機能による制御棒緊急挿入	○		○	原子炉緊急停止系 原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○		○	制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット 原子炉緊急停止系			
		ほう酸水注入系	○		○	制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 自動減圧系			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○		○	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○		○	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○		○	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○		○	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○		○	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) (逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ) (主蒸気逃がし安全弁排気管)			
原子炉冷却材圧力カバウンドリによる原子炉出力急上昇抑制	○		○						
46	61	逃がし安全弁	○		○	自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○		○	(高圧炉心スプレイ系注込弁) (原子炉隔離時冷却系注込弁) (低圧炉心スプレイ系注込弁) (残留熱除去系A、B、C系注込弁) (残留熱除去系(低圧注水系))			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○		○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)、海			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		非常用緊急供給系による緊急確保	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○		○						
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		○	残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
48	63	緊急用海水系	○		○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			○
		残留熱除去系海水系	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		非常用取水設備	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
49	64	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			○
		残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系)によるサブプレッショントラップ水の除熱	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		緊急用海水系	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
50	65	残留熱除去系海水系	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			○
		非常用取水設備	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
51	66	残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系)によるサブプレッショントラップ水の除熱	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			○
		緊急用海水系	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		非常用取水設備	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
52	67	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライエウル部)への注水	○		○	(原子炉格納容器) (サブプレッショントラップ)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライエウル部)への注水	○		○	(原子炉格納容器) (サブプレッショントラップ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○		○	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
53	68	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			○
		可搬型緊急供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
54	69	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			○
		原子炉排気ガス処理系による水素排出	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		静的無凝水素再結合器による水素濃度抑制	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		原子炉排気中の水素濃度監視設備	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッショントラップ冷却系) 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッショントラップ)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○		○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッショントラップ)			
55	70	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○		○	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッショントラップ)			○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		○	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッショントラップ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		○	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッショントラップ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		○	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッショントラップ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		○	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッショントラップ)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		補償性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系統取替床排水ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系統放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和		○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○
		水の供給	○		(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備		
		常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直流電源設備による給電 可搬型代替直流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○ ○ ○ ○ ×				
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止		○
		非常用直流電源設備	○		125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機〜メタルクラッド開閉装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機海水ポンプ〜非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電機A, B, HPCS〜直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B〜直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系〜直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系〜直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (普通125V電機A, B, HPCS) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ 燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ 燃料油タンク)の他チャンネル		
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位		
		原子炉格納容器内への注水量	○		代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力		
		原子炉格納容器内の圧力	○		ドライウエル圧力 雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水注水流		
		原子炉格納容器内の水位	○		代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		主要パラメータの他チャンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性 の有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-5-9
溢水源:	原子炉冷却材浄化系
溢水量(m3):	54

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○	
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○	
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (スクラムレータ)				
46	61	逃がし安全弁	○		防止	主蒸気系逃がし安全弁排気管			○	
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用窒素供給系による窒素確保	○			(スクラムレータ)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(スクラムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)				
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○	
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			緊急用海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫) 取水路 取水ピット				
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○	
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)				
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○	
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○	
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイス系				
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水系)			○	
			○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
			○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	残留熱除去系海水系			○	
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			残留熱除去系海水系				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット (原子炉格納容器)				
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	—			○	
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			主要パラメータの他チャンネル				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			格納容器内水素濃度(SA)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)				
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○		防止	燃料プール冷却浄化系			○	
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(使用済燃料プール)				
			○			燃料プール冷却浄化系 (サブプレッション・チェンバ)				
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)				
			○			燃料プール冷却浄化系				
			○			(使用済燃料プール)				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納容器放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ビット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	×				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度		
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 燃料容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {常用電源設備}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	RB-5-11	○
溢水原因:	配水系	
溢水量(m3):	133	

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		高圧代替注水系による原子炉注水	×			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイス系)			
46	61	原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		逃がし安全弁	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			
		原子炉減圧の自動化	○			(アクチュムレータ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	○	防止	125V系蓄電池A系、B系			○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(アクチュムレータ)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系))			
48	63	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系))			
		残留熱除去系海水系	○			(原子炉圧力容器)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系))			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系))			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
50	65	非常用取水設備	○	○	緩和	残留熱除去系海水系			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系))			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
51	66	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)			○
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	×			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉緊急停止系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット	○			原子炉緊急停止系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(低圧注水系)	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧炉心スプレイス系	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)、海	○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
残留熱除去系海水系	○	(残留熱除去系海水系)							
52	67	非常用取水設備	○	○	緩和	残留熱除去系海水系			○
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			—			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	—			○
		原子炉排気ガス処理系による水素排出	○						
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○						
		原子炉排気系の水素濃度監視設備	○						
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備			個別機能 維持判定
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和		○	
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○	
		水の供給	○		(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)			
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止		○	
		非常用交流電源設備	○					
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位			
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○	
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○	○	○	○	○	○
60	75	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		気象観測設備の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○	○	○	○	○	○
61	76	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○		○	○	○	○	○	○
		通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○	○	○	○	○	○
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-5-12
溢水源:	配水系
溢水量(m3):	133

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	×	○	防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁排気管)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(アキュムレータ)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系注入弁)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(残存溶融炉心系A、B、C系注入弁)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		緊急用海水系	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(貯留層) 取水路 取水ビット (サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(残留熱除去系海水系)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(貯留層) 取水路 取水ビット (サブプレッション・チャンバ)			
51	66	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			低圧炉心スプレイス系			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ)			○
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-5-14
溢水源:	配水系
溢水量(m3):	133

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	×	○	防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(逃がし安全弁)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		非常用駆動系供給系による緊急確保	○			(キユムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(キユムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系 A, B, C系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
48	63	緊急用海水系	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系海水系	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		非常用取水設備	○			(残留熱除去系海水系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
50	65	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
			×			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ)、海 (残留熱除去系海水系)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (原子炉格納容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(残留熱除去系海水系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (原子炉格納容器)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			○
			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)						

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止	(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○		(給油貯蔵タンク) 2C・2D・非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ 原子炉圧力(SA)他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位		○
		原子炉圧力容器内の温度	○				
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {常用電源設備}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RB-6-1
溢水源:	原子炉種凝冷却系
溢水量(m3):	298

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)				
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)、海				
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) (原子炉圧力容器)				○
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫) 取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路、取水ピット				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路、取水ピット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系				
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(貯留庫) 取水路、取水ピット				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)装置 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)				
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

策文 (EP)	策文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			権限性		方針 I/II/III 判定					
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	策文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	権限性 の有無等	判定						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)									
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取替床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ									
		使用済燃料プールの監視	○												
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和					○					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止					○					
		水の供給	○			取水路 取水ビット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電機用A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)									○
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止					○					
		非常用直流電源設備	○												
		燃料給油設備による給油	○												
		原子炉圧力容器内の温度	○			原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 サブパラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位									
		原子炉圧力容器内の圧力	○												
		原子炉圧力容器内の水位	○												
		原子炉圧力容器への注水量	○												
		原子炉格納容器内への注水量	○												
		原子炉格納容器内の温度	○												
		原子炉格納容器内の圧力	○												
		原子炉格納容器内の水位	○												
		原子炉格納容器内の水素濃度	○												
		原子炉格納容器内の放射線量	○												
58	73	未陥弊の維持又は確認	○	○	防止					○					
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○			起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラビング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力									
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○												
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○												
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○												
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○												
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○												

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {常用電源設備}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	CS-B2-4	○
溢水源:	非常用ディーゼル発電機冷却海水系	
溢水量(m3):	124	

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	回復性 の有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (アキュムレータ) (主蒸気系がし安全弁排気管)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	自動減圧系			○
		原子炉減圧の自動化	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(アキュムレータ)			
		非常用駆動系供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)			
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○				(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系))				
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
48	63	緊急用海水系	○	○	防止	残留熱除去系海水系			○
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
50	65	残留熱除去系海水系	○	○	緩和	(貯留庫)、取水路、取水ピット			○
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
51	66	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			○
		緊急用海水系	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チャンバ)			
		非常用取水設備	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系) (サブプレッション・チャンバ)			
52	67	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チャンバ)、海 残留熱除去系海水系			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残留熱除去系海水系			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
53	68	格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	○	緩和	格納容器内水素濃度(SA)			○
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉排気ガス処理系による水素排出	○			—			
		静的無揮発性水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
54	69	原子炉排気室内の水素濃度監視設備	○	○	防止	—			○
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
		放射線量の測定	○							
60	75	放射能観測車の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
		放射線量の測定	○							
61	76	必要な情報の把握	○		○	○	○	○	○	○
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	CS-B2-5
溢水源:	非常用ディーゼル発電機冷却海水系
溢水量(m3):	124

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	回復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリ)の圧力上昇抑制	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(アキュムレータ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			主蒸気系がし安全弁排気管			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		非常用駆動系供給系による蒸気確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		緊急用海水系	○			(原子炉圧力容器)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ビット (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ) 海			
			○			残留熱除去系海水系			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(貯留庫) 取水路 取水ビット (サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			残留熱除去系海水系			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(貯留庫) 取水路 取水ビット (原子炉格納容器)			
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	—			○
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替系注水ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	CS-B1-3
溢水源:	非常用ディーゼルの発電機冷却海水系
溢水量(m ³):	124

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイ系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンドの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
		逃がし安全弁	○			(主蒸気系逃がし安全弁排気管)			
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用電源供給系による差圧確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ビット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
			○			(原子炉格納容器)			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			—			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静電凝結水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○				
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○				
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和		○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	×				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止		○
		非常用直流電源設備	×				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○				
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	CS-B1-4
溢水源:	非常用ディーゼル発電機冷却海水系
溢水量(m3):	124

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリ)の圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	(残存溶融炉心冷却系) (低圧炉心スプレイ系) (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
48	63	緊急用海水系	○		防止	残留熱除去系海水系			○
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		非常用取水設備	○			(原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
50	65	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
			○			高圧炉心スプレイ系			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(残留熱除去系海水系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
			○						

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電機A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止			○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンレンジエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
		放射線量の測定	○							
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
		放射線量の測定	○							
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	CS-B1-5
溢水源:	非常用ディーゼル発電機冷却海水系
溢水量(m3):	124

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(高圧炉心スプレイ系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリによる圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	主蒸気系がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ) (アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			○
		原子炉減圧の自動化	○						
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○						
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○						
		非常用電源供給系による緊急確保	○						
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○						
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○						
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)、海			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)による除熱	○			(残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	(残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チャンバ)、海 残留熱除去系海水系 残留熱除去系海水系			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○						
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○						
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○						
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉排気ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○						
		原子炉排気系の水素濃度監視設備	○						
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
			○						

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備			方計 I / II, III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	案文判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		個別機能維持判定	確信性の有無等
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			(サブプレッシャ・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納容器放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和				○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッシャ・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド開閉装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線用蓄電池A, B, HPCS～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)			○
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッシャ・チェンバ圧力 サブプレッシャ・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッシャ・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッシャ・チェンバ圧力 サブプレッシャ・プール水温度 サブプレッシャ・チェンバ雰囲気温度 サブプレッシャ・チェンバ圧力 サブプレッシャ・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウェル圧力 サブプレッシャ・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 低圧代替注水系格納容器下排水流量			○
		非常用直流電源設備	×						
		燃料給油設備による給油	○						
		原子炉圧力容器内の温度	○						
		原子炉圧力容器内の圧力	○						
		原子炉圧力容器内の水位	○						
		原子炉圧力容器への注水量	○						
		原子炉格納容器内への注水量	○						
		原子炉格納容器内の温度	○						
		原子炉格納容器内の圧力	○						
		原子炉格納容器内の水位	○						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○						
		原子炉格納容器内の放射線量	○						
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッシャ・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッシャ・チェンバ圧力 サブプレッシャ・プール水温度 サブプレッシャ・チェンバ雰囲気温度 サブプレッシャ・チェンバ圧力 サブプレッシャ・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウェル圧力 サブプレッシャ・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 低圧代替注水系格納容器下排水流量			○
		最終ヒートシンクの確保(代替循環冷却系)	○						
		最終ヒートシンクの確保(格納容器圧力逃がし装置)	○						
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○						
		最終ヒートシンクの確保(残留熱除去系)	○						
		格納容器バイパスの監視(原子炉圧力容器内の状態)	○						
		格納容器バイパスの監視(原子炉格納容器内の状態)	○						

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	CS-B1-6	○
溢水源:	非常用ディーゼル発電機燃料油系	
溢水量(m3):	19	

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—	—		
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			(高圧炉心スプレイ系)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(アキュムレータ) 主蒸気系逃がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注水弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)装置出口放射線モニタ(高レンジ)の格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		重複性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○				
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		使用済燃料プールの監視	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和		○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○
		水の供給	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		常設代替交流電源設備による給電	○		制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ピット		
		可搬型代替交流電源設備による給電	○		2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機		
		所内常設直流電源設備による給電	×		2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機		
		可搬型代替直流電源設備による給電	○		125V系蓄電池A系・B系・HPCS系		
		代替所内電気設備による給電	○		非常用所内電気設備		
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止		○
		非常用直流電源設備	×		125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)		
		燃料給油設備による給油	○		(給油車タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位		
		原子炉格納容器内への注水量	○		代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力		
		原子炉格納容器内の圧力	○		ドライウエル圧力 雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量		
		原子炉格納容器内の水位	○		代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ装置スクラッピング水温度 フィルタ装置圧力 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替系注水系統ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	CS-B1-7	○
溢水源:	排水系	
溢水量(m3):	92	

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—	—		
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット					
		ほう酸水注入系	○	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)					
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○		防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)					
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○	(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)					
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系) (原子炉圧力容器)					
46	61	ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○		防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○	(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (スクラムレータ)					
		逃がし安全弁	○	(スクラムレータ) 主蒸気系逃がし安全弁排気管					
		原子炉減圧の自動化	○	自動減圧系					
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○	125V系蓄電池A系、B系、HPCS系					
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○	125V系蓄電池A系、B系					
47	62	非常用駆動系供給系による駆動系確保	○		防止	(スクラムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○	(スクラムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)					
48	63	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)					
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)					
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)					
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)					
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○	残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット					
49	64	緊急用海水系	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		残留熱除去系海水系	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉格納容器)					
		非常用取水設備	○	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱 (サブプレッション・チェンバ)					
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)					
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)					
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)					
50	65	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット			○
		残留熱除去系海水系による除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)					
		緊急用海水系	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)					
		残留熱除去系海水系による除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)					
		非常用取水設備	○	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱 (サブプレッション・チェンバ)					
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)					
51	66	代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)					
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	(原子炉格納容器)					
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)					
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)					
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チェンバ)					
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)					
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)					
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	—			○
		原子炉排気ガス処理系による水素排出	○	(サブプレッション・チェンバ) 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)					
		静的無揮発性水素再結合器による水素濃度抑制	○	—					
		原子炉排気内の水素濃度監視設備	○	—					
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)					
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)					
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)					
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	×	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○	○	○	○	○	○
60	75	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		気象観測設備の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○	○	○	○	○	○
61	76	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○		○	○	○	○	○	○
		通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○	○	○	○	○	○
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	CS-B1-8
溢水源:	非常用ディーゼル発電機燃料油系
溢水量(m3):	19

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	回復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイス系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気減圧(安全弁排気管)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	(残存溶融炉心冷却系) (低圧炉心スプレイス系) (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残存溶融炉心冷却系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (残存溶融炉心冷却系(低圧注水系))			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系))			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(原子炉格納容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(海水系)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系(海水系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫) 取水路、取水ピット			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
			○			高圧炉心スプレイス系			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			—			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○		防止	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイスノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納容器放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	×				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	×	防止	125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク～非常用ディーゼル発電機 送路) (125V系蓄電池A系・B系・HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A系・B系・HPCS系) (普通125V電線用蓄電池A系・B系・HPCS系～直流125V主母線2A・2B・HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A・2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A・2B 電路) (125V系蓄電池A系・B系・HPCS系～直流125V主母線2A・2B・HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A系・B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A・2B 電路)		○
		非常用直流電源設備	×				
		燃料給油設備による給油	○		(給油車タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク～非常用ディーゼル発電機 送路) (125V系蓄電池A系・B系・HPCS系)		
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位		
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	CS-3-1
溢水源:	中央制御室換気空調系
溢水量(m3):	23

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
46	61	ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		原子炉冷却材圧力カバウンダリによる原子炉出力急上昇抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		逃がし安全弁	○			(逃がし安全弁)			
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(アキュムレータ)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			自動減圧系			
非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○	125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ)							
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	○	防止	(アキュムレータ)			○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(低圧炉心スプレイ系注入弁)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残存溶融炉心(低圧注水系))			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
48	63	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)			○
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		残留熱除去系海水系	○			(原子炉圧力容器)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(原子炉圧力容器)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (サブプレッション・プール冷却系)			
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系海水系			
50	65	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	緩和	(貯留庫)、取水路、取水ビット			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
51	66	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	(貯留庫)、取水路、取水ビット			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	×	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
			○						

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	×					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	×	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性 の有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	×							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-4-1
溢水源:	濃縮廃液・廃液中和スラッジ系
溢水量(m3):	326

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		非常用駆動系供給系による緊急確保	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	(アクチュムレータ)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			125V系蓄電池A系、B系			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(アクチュムレータ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁)			
		緊急用海水系	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	(低圧炉心スプレイス系注入弁)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(A、B、C系注入弁)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		緊急用海水系	○			(原子炉格納容器)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(貯留層) 取水路 取水ビット			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			高圧炉心スプレイス系			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			低圧炉心スプレイス系			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	×			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	(貯留層) 取水路 取水ビット			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			(原子炉格納容器)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイスノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替系注水ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替系注水ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンレンジエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-4-3
溢水源:	放射線廃棄物処理系 原子炉種補機冷却水系
溢水量(m3):	298

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧カバウンドの圧力上昇抑制	○			(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁排気管)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		非常用電源供給系による蓄電池確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系			
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	(アキュムレータ)			○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
48	63	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		残留熱除去系海水系	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
50	65	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(貯留庫) 取水路、取水ピット			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(原子炉格納容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チャンバ)			
51	66	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫) 取水路、取水ピット			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
			○			高圧炉心スプレイス			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			低圧炉心スプレイス系			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			残留熱除去系海水系			
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	×		緩和	(貯留庫) 取水路、取水ピット			○
		原子炉種補機ガス処理系による水素排出	○			(原子炉格納容器)			
		静電凝集式水素再結合器による水素濃度抑制	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		原子炉種補機内の水素濃度監視設備	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○		防止	(サブプレッション・チャンバ)			○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性		方計 I/II/III 判定			
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		権復性の 有無等 判定		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ)					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器燃料取扱床空気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ					
		使用済燃料プールの監視	○								
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和	— 取水路 取水ビット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留層) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド開閉装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)				○	
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	— 取水路 取水ビット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留層) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド開閉装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)				○	
		水の供給 常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直流電源設備による給電 可搬型代替直流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○ ○ ○ ○ ○ ○								
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	給油庫タンク (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド開閉装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク～非常用ディーゼル発電機 送路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V直流電源A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)				○	
		非常用直流電源設備	○								
		燃料給油設備による給油	○								
		原子炉圧力容器内の温度	○		防止	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)他チャンネル 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 原子炉スプレイ系流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 常設高圧代替注水ポンプ吐出力 代替循環冷却系ポンプ吐出力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出力 残留熱除去系ポンプ吐出力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位					
		原子炉圧力容器内の圧力	○								
		原子炉圧力容器内の水位	○								
		原子炉圧力容器への注水量	○								
		原子炉格納容器内への注水量	○								
		原子炉格納容器内の温度	○								
		原子炉格納容器内の圧力	○								
		原子炉格納容器内の水位	○								
		原子炉格納容器内の水素濃度	○								
		原子炉格納容器内の放射線量	○								
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○		防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル圧力雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ装置スクラッピング水温度 フィルタ装置圧力 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系統流量 緊急用海水流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水流量(残留熱除去系熱交換器) 残留熱除去系ポンプ吐出力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力				○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○								
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	×								
		最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)	○								
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○								
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○								
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○								

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {常用电源設備}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-4-4
溢水源:	濃縮廃液・廃液中和スラッジ系
溢水量(m3):	326

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) 主蒸気系がし安全弁排気管			
46	61	原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残存熱除去系A、B、C系注入弁) 残存熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残存熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			○
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(残存熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) 原子炉圧力容器			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			○
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	×	緩和	— (サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)		○	
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイスノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイス	○		○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)		○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	×					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-3-1
溢水源:	復水・凝水系
溢水量(m3):	325

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンドの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系遠がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	遠がし安全弁	○	○	防止	主蒸気系遠がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)			
		可搬型代替直流電源設備による遠がし安全弁機能回復	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		遠がし安全弁用可搬型蓄電池による遠がし安全弁機能回復	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		非常用駆動系による差圧確保	○			(サブプレッション・チャンバ) 海 (原子炉圧力容器)			
		非常用遠がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 海 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ)			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫) 取水路 取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チャンバ) 海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
			○			—			
			○			(サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	×	緩和	—			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○						
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○						
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	×						
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○						
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○						
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	×					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-3-2
溢水源:	放射性廃棄物処理系 原子炉種機冷却水系
溢水量(m3):	298

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(アキュムレータ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫) 取水路 取水ピット			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
	○		低圧炉心スプレイ系						
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)			
53	68	原子炉種機ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)			
54	69	原子炉種機内の水素濃度監視設備	○		防止	—			○
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) (サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) (サブプレッション・チェンバ)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	×					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-3-3
溢水源:	放射線廃棄物処理系 原子炉種機冷却水系
溢水量(m3):	298

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリによる原子炉出力急上昇抑制	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(アキュムレータ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の冷却	○		緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			残留熱除去系海水系			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チャンバ)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			—			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉排気ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉排気系内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○		防止	(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限性 維持判定	権限性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	×					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-3-4
溢水源:	放射線廃棄物処理系 原子炉種補機冷却水系
溢水量(m3):	298

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁排気管)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		非常用窒素供給系による窒素確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		緊急用海水系	○			(原子炉圧力容器)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ)、海			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・フル冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・フル冷却系)によるサブプレッション・フル水の除熱	○			(サブプレッション・フル冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系))			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による除熱	○			(原子炉格納容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チャンバ)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・フル冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・フル冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・フル冷却系)によるサブプレッション・フル水の除熱	○			(格納容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による除熱	○			(サブプレッション・フル冷却系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・フル冷却系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(原子炉格納容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			高圧炉心スプレイス系			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	×	緩和	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			低圧炉心スプレイス系			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	×			(サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
53	68	原子炉種補機冷却系による水素排出	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			燃料プール冷却浄化系			
		原子炉種補機内の水素濃度監視設備	○			(使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			燃料プール冷却浄化系			
			○			(使用済燃料プール)			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度		
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 燃料容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	×		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○	○	○	○	○	○
60	75	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		気象観測設備の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○	○	○	○	○	○
61	76	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○		○	○	○	○	○	○
		通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○	○	○	○	○	○
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別: 想定破壊
 発生区画: RW-2-1
 溢水種: 濃縮廃液・廃液中和スラッジ系
 溢水量(m3): 326

総合判定
 ○

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定			
43	54	アクセスルート確保	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット		○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)		
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)		
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)		○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)		
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)		
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)		
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)		
46	61	原子炉冷却材圧力カバウンドの圧力上昇抑制	○	○	防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ) 主蒸気逃がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ) (アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)		○
		逃がし安全弁	○					
		原子炉減圧の自動化	○					
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○					
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○					
		非常用電源供給系による異常確保	○					
非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○							
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)		○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○					
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○					
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○					
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○					
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○					
		緊急用海水系	○					
残留熱除去系海水系	○							
非常用取水設備	○							
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) 緊急用海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫) 取水路、取水ピット (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ) 緊急用海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫) 取水路、取水ピット (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)		○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○					
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○					
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○					
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○					
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による除熱	○					
		緊急用海水系	○					
		残留熱除去系海水系	○					
		非常用取水設備	○					
		49	64			代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却		
代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○							
残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○							
残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○							
緊急用海水系	○							
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	(貯留庫) 取水路、取水ピット (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ) 緊急用海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫) 取水路、取水ピット (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)		○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○					
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和	(原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) 海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫) 取水路、取水ピット (サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)		○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○					
			○					
			○					
			○					
			○					
			○					
			○					
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(原子炉格納容器)		○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○					
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○					
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ) — 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)		○
		原子炉排気ガス処理系による水素排出	○					
		静的無酸素水素再結合器による水素濃度抑制	○					
		原子炉排気内の水素濃度監視設備	○					
			○					
54	69	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)		○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○					
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○					
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○					
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○					
			○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限性 維持判定	権限性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破損
発生区画:	RW-2-2
溢水源:	濃縮廃液・廃液中和スラッジ系
溢水量(m3):	326

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			復元性 判定	方針 I/II/III 判定	
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	時限性の 有無等			
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3						
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入 再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制 ほう酸水注入系 自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○ ○ ○ ○	○	防止	原子炉緊急停止系 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 自動減圧系 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				○	
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水 原子炉隔離時冷却系による原子炉注水 高圧炉心スプレイ系による原子炉注水 ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入) 原子炉冷却材圧カバウンドリによる圧力上昇抑制	○ ○ ○ ○ ○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) (逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (スチームレータ) (スチームレータ) 主蒸気系がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (スチームレータ) (スチームレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系 A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器) 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット					○
46	61	逃がし安全弁 原子炉減圧の自動化 可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復 逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復 非常用駆動機系による差差確保 非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧 インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系 A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット					○
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる) 低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる) 代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却 低圧炉心スプレイ系による原子炉注水 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱 緊急用海水系 残留熱除去系海水系 非常用取水設備	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット					○
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱 残留熱除去系海水系による除熱 緊急用海水系 残留熱除去系海水系 非常用取水設備	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット					○
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却 代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱 緊急用海水系 残留熱除去系海水系による除熱 非常用取水設備	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)					○
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水 格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水 溶融炉心の落下遅延及び防止	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)					○
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水 格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水 溶融炉心の落下遅延及び防止	○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○ ○	○	緩和	(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)					○
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○ ○ ○ ○ ○	○	緩和	(原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ) 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)					○
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出 静電無極水素再結合器による水素濃度抑制 原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○ ○ ○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)					○
54	69	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○ ○ ○ ○ ○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)					○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度		
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 燃料容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-2-3
溢水源:	放射性廃棄物処理系 タービン補機冷却水系
溢水量(m3):	386

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
48	63	緊急用海水系	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		残留熱除去系海水系	○			(原子炉圧力容器)			
		非常用取水設備	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系))			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		(貯留庫) 取水路、取水ビット	○			(残留熱除去系海水系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫) 取水路、取水ビット			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			(残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫) 取水路、取水ビット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
			○			—			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 維持判定	権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-2-7
溢水源:	復水・凝水系
溢水量(m3):	325

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備				方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		確信性の 有無等
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)						
			(サブプレッション・チェンバ)						
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			
46	61	原子炉減圧の自動化	○		防止	(アキュムレータ)			○
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系			
			インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(アキュムレータ)		
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	(高圧炉心スプレイス系注入弁)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による除熱	○			(原子炉格納容器)			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による除熱	○			(原子炉格納容器)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
						残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
						(原子炉格納容器)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	高圧炉心スプレイス			○
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
			○			(原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(原子炉格納容器)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			高圧炉心スプレイス系			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(原子炉格納容器)			
			○			—			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル			
54	69	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		○	※3				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-2-B
溢水源:	復水・凝水系
溢水量(m3):	325

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (スクラムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動確保	○			(スクラムレータ) (スクラムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系))			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(低圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系))			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チェンバ)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
							○		
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	—			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納容器放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度		
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 燃料容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		原子炉圧力容器温度 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機)		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		○	※3				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-2-10
溢水源:	放射性廃棄物処理系 原子炉種機冷却水系
溢水量(m3):	298

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	主蒸気系逃がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系 残留熱除去系海水系 非常用取水設備	○ ○ ○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系 残留熱除去系海水系 非常用取水設備	○ ○ ○			残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系 残留熱除去系海水系による除熱 非常用取水設備	○ ○ ○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チェンバ)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
53	68	原子炉排気ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉排気内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		○	※3				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-1-4
溢水源:	濃縮廃液・廃液中和スラッジ系
溢水量(m ³):	326

総合判定	○
------	---

条文(EP)	条文(OP)	対象施設(設備)	個別機能維持判定	条文判定	分類	設計基準事故対処設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対処設備	個別機能維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			(原子炉圧力容器) 自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
45	60	高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリによる圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		逃がし安全弁	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気系がし安全弁) (アクチュムレータ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			主蒸気系がし安全弁排気管			
46	61	逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	自動減圧系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(アクチュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(低圧炉心スプレイ系注入弁) (残存溶融炉心冷却系A、B、C系注入弁)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残存溶融炉心冷却系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
		緊急用海水系	○			(原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		耐圧進化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)			○
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	(サブプレッション・チェンバ)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウエル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウエル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			(残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
			○			(原子炉格納容器)			
			○						
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル			
			○			格納容器内水素濃度(SA)			
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○						
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○						
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○						
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○						
		原子炉格納容器内の水素濃度監視設備	○						
		原子炉格納容器内の水素濃度監視設備	○						
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和				○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)			○
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止				○
		非常用直流電源設備	○						
		燃料給油設備による給油	○						
		原子炉圧力容器内の温度	○			原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位			○
		原子炉圧力容器内の圧力	○						
		原子炉圧力容器への注水量	○						
		原子炉格納容器内への注水量	○						
		原子炉格納容器内の温度	○						
		原子炉格納容器内の圧力	○						
		原子炉格納容器内の水位	○						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○						
		原子炉格納容器内の放射線量	○						
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○						
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○						

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	RW-1-5	
溢水源:	残留熱除去系海水系	
溢水量(m ³):	272	○

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対処設備		個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対処設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設 (設備)	個別機能 維持判定				対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○		※3					
44	59	代替制御機挿入機能による制御機緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系					○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○	原子炉緊急停止系 制御機、制御機駆動系水圧制御ユニット							
		ほう酸水注入系	○	原子炉緊急停止系 制御機、制御機駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 自動減圧系							
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系) 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)					○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○	原子炉隔離時冷却系							
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○	高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○	原子炉緊急停止系 制御機、制御機駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) (逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (スクラムレーク)							
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	スクラムレーク 主蒸気系逃がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (スクラムレーク) (スクラムレーク) (高圧炉心スプレイス注入弁) (原子炉隔離時冷却系/原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス注入弁) (残留熱除去系 A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)					○
		原子炉減圧の自動化	○	125V系蓄電池A系、B系、HPCS系							
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○	125V系蓄電池A系、B系							
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○	(スクラムレーク)							
47	62	非常用窒素供給系による窒素確保	○	○	防止	(スクラムレーク) (高圧炉心スプレイス注入弁) (原子炉隔離時冷却系/原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス注入弁) (残留熱除去系 A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)					○
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○	(スクラムレーク)							
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	(高圧炉心スプレイス注入弁) (原子炉隔離時冷却系/原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス注入弁) (残留熱除去系 A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
48	63	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)					○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		緊急用海水系	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉圧力容器)							
		残留熱除去系海水系	○	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット							
		非常用取水設備	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)							
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)							
49	64	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)					○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)							
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)							
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)による格納容器内の除熱	○	残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)							
		緊急用海水系	○	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット							
		残留熱除去系海水系による除熱	○	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット							
50	65	非常用取水設備	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)					○
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)							
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)							
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)							
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)							
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)							
51	66	緊急用海水系	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット					○
		残留熱除去系海水系による除熱	○	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット							
		非常用取水設備	○	残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)							
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)							
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)							
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	原子炉緊急停止系 制御機、制御機駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)					○
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウエル部)への注水	○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウエル部)への注水	○	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	原子炉緊急停止系 制御機、制御機駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
53	68	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)					○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)							
54	69	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)					○
		静電凝集式水素再結合器による水素濃度抑制	○	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)							
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)							
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)							
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)							
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)							

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度		
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウエル圧力 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-MB1-1
溢水源:	復水・凝水系
溢水量(m3):	325

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		逃がし安全弁	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉減圧の自動化	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
非常用駆動系供給系による緊急確保	○	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)							
非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)							
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
48	63	緊急用海水系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系海水系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		非常用取水設備	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
49	64	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
50	65	非常用取水設備	○	○	緩和	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
51	66	残留熱除去系海水系による除熱	○	○	緩和	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		非常用取水設備	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
53	68	原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		原子炉格納容器内の水素濃度監視設備	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		静的無揮発性水素再結合器による水素濃度抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性		方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		権復性の 有無等
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○						
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和	— 取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ)			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)			○
		水の供給 常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直流電源設備による給電 可搬型代替直流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○ ○ ○ ○ ○						
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止	(給油庫) タンク (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク～非常用ディーゼル発電機 送路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)			○
		非常用直流電源設備	○						
		燃料給油設備による給油	○			(給油庫) タンク (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉圧力容器内の温度	○						
		原子炉圧力容器内の圧力	○						
		原子炉圧力容器内の水位	○						
		原子炉圧力容器への注水量	○						
		原子炉格納容器内への注水量	○						
		原子炉格納容器内の温度	○						
		原子炉格納容器内の圧力	○						
		原子炉格納容器内の水位	○						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○						
		原子炉格納容器内の放射線量	○						
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○						
		最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)	○						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○						

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-MB1-2
溢水源:	復水・凝水系
溢水量(m3):	325

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海 残留熱除去系海水系			
			○			(残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			—			
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
53	68	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備						
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	案文判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能維持判定	確信性の有無等	方針 I/II/III 判定		
		<p>大気への放射性物質の拡散抑制</p> <p>代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却</p> <p>使用済燃料プールの監視</p>	○			<p>(サブプレッジョン・チェンバ)</p> <p>残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却)</p> <p>燃料プール冷却浄化系</p> <p>(使用済燃料プール)</p> <p>残留熱除去系海水系</p> <p>取水路 取水ピット</p> <p>使用済燃料プール水位</p> <p>燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度</p> <p>使用済燃料プール温度</p> <p>燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ</p> <p>原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ</p> <p>原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ</p>					
55	70	<p>大気への放射性物質の拡散抑制</p> <p>海洋への放射性物質の拡散抑制</p> <p>航空機燃料火災への消火</p>	○	○	緩和					○	
56	71	<p>重大事故等収束のための水源</p> <p>水の供給</p> <p>常設代替交流電源設備による給電</p> <p>可搬型代替交流電源設備による給電</p> <p>所内常設直流電源設備による給電</p> <p>可搬型代替直流電源設備による給電</p> <p>代替所内電気設備による給電</p>	○				<p>取水路 取水ピット</p> <p>(サブプレッジョン・チェンバ)</p> <p>原子炉緊急停止系</p> <p>制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット</p> <p>(貯留罐) 取水路 取水ピット</p> <p>2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機</p> <p>2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機</p> <p>2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機</p> <p>125V系蓄電池A系・B系・HPCS系</p> <p>非常用所内電気設備</p> <p>125V系蓄電池A系・B系・HPCS系</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機~メタルクラッド閉鎖電線 電路)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ~非常用ディーゼル発電機 送路)</p> <p>(軽油貯蔵タンク)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)</p> <p>(125V系蓄電池A, B, HPCS系)</p> <p>(中性子モニタ用蓄電池A, B系)</p> <p>(普通125V電線類A, B, HPCS~直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路)</p> <p>(120/240V計測用主母線盤2A, 2B~直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)</p> <p>(125V系蓄電池A, B, HPCS系~直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路)</p> <p>(中性子モニタ用蓄電池A, B系~直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)</p>				
57	72	<p>非常用交流電源設備</p> <p>非常用直流電源設備</p> <p>燃料給油設備による給油</p>	○	○	○	防止				○	
		<p>原子炉圧力容器内の温度</p> <p>原子炉圧力容器内の圧力</p> <p>原子炉圧力容器内の水位</p> <p>原子炉圧力容器への注水量</p> <p>原子炉格納容器内への注水量</p> <p>原子炉格納容器内の温度</p> <p>原子炉格納容器内の圧力</p> <p>原子炉格納容器内の水位</p> <p>原子炉格納容器内の水素濃度</p> <p>原子炉格納容器内の放射線量率</p> <p>未臨界の維持又は確認</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)</p> <p>格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)</p> <p>格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)</p>	○				<p>原子炉圧力(SA)</p> <p>原子炉水位(広帯域)</p> <p>原子炉水位(燃料域)</p> <p>原子炉水位(SA広帯域)</p> <p>原子炉水位(SA燃料域)</p> <p>残留熱除去系熱交換器入口温度</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>原子炉圧力(SA)</p> <p>原子炉圧力(SA)</p> <p>原子炉水位(広帯域)</p> <p>原子炉水位(燃料域)</p> <p>原子炉水位(SA広帯域)</p> <p>原子炉水位(SA燃料域)</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>原子炉水位(SA広帯域)</p> <p>原子炉水位(SA燃料域)</p> <p>高圧代替注水系系統流量</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン帯域用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン狭帯域用)</p> <p>代替循環冷却系原子炉注水流量</p> <p>原子炉隔離時冷却系系統流量</p> <p>原子炉炉心スレイ系系統流量</p> <p>残留熱除去系系統流量</p> <p>低圧炉心スレイ系系統流量</p> <p>原子炉圧力(SA)</p> <p>原子炉圧力(SA)</p> <p>サブプレッジョン・チェンバ圧力</p> <p>サブプレッジョン・プール水位</p> <p>原子炉水位(広帯域)</p> <p>原子炉水位(燃料域)</p> <p>原子炉水位(SA広帯域)</p> <p>原子炉水位(SA燃料域)</p> <p>常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力</p> <p>代替循環冷却系ポンプ吐出圧力</p> <p>原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力</p> <p>高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力</p> <p>残留熱除去系ポンプ吐出圧力</p> <p>低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>西側淡水貯槽水位</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>原子炉格納容器水位</p> <p>サブプレッジョン・プール水位</p> <p>格納容器下盤水位</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>ドライヴェル圧力</p> <p>サブプレッジョン・チェンバ圧力</p> <p>サブプレッジョン・プール水温度</p> <p>サブプレッジョン・チェンバ雰囲気温度</p> <p>サブプレッジョン・チェンバ圧力</p> <p>サブプレッジョン・チェンバ雰囲気温度</p> <p>ドライヴェル圧力</p> <p>ドライヴェル圧力雰囲気温度</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン帯域用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)</p> <p>低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用)</p> <p>低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用)</p> <p>低圧代替注水系格納容器下盤注水流量</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>西側淡水貯槽水位</p> <p>ドライヴェル圧力</p> <p>サブプレッジョン・チェンバ圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>西側淡水貯槽水位</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>原子炉水位(広帯域)</p> <p>原子炉水位(燃料域)</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>残留熱除去系熱交換器入口温度</p> <p>残留熱除去系海水系系統流量</p> <p>緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器)</p> <p>緊急用海水系流量(残留熱除去系循環)</p> <p>残留熱除去系ポンプ吐出圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>原子炉水位(SA広帯域)</p> <p>原子炉水位(SA燃料域)</p> <p>原子炉水位(燃料域)</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>原子炉圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>ドライヴェル圧力</p> <p>サブプレッジョン・チェンバ圧力</p>				
58	73	<p>原子炉格納容器内の放射線量率</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)</p> <p>格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)</p> <p>格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)</p>	○			防止				○	

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替系注水ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○	○	○	○	○	○
60	75	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		気象観測設備の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○	○	○	○	○	○
61	76	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○		○	○	○	○	○	○
		通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○	○	○	○	○	○
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-MB1-3
溢水原因:	復水・復水系
溢水量(m3):	325

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
		逃がし安全弁	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管			
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			○
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○						
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○						
52	67	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○						
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○						
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○						
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-B1-1
溢水源:	濃縮廃液・廃液中和スラッジ系
溢水量(m3):	326

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(高圧炉心スプレイ系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による除熱	○			(原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○						
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-B1-2
溢水源:	高電圧度ヒート系
溢水量(m3):	30

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	○	—	—	—	○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○						
		ほう酸水注入系	○						
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	○	—	—	—	○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○						
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○						
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○						
46	61	ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○	○	○	—	—	—	○
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○						
		逃がし安全弁	○						
		原子炉減圧の自動化	○						
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○						
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○						
非常用窒素供給系による窒素確保	○								
47	62	非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○	○	○	—	—	—	○
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○						
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○						
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○						
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○						
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○						
		緊急用海水系	○						
		残留熱除去系海水系	○						
		非常用取水設備	○						
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	○	—	—	—	○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○						
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○						
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○						
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○						
		緊急用海水系	○						
		残留熱除去系海水系	○						
		非常用取水設備	○						
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	○	—	—	—	○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○						
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○						
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○						
		緊急用海水系	○						
		残留熱除去系海水系	○						
50	65	非常用取水設備	○	○	○	—	—	—	○
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○						
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○						
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○						
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○						
		—	○						
		—	○						
		—	○						
		—	○						
		—	○						
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	○	—	—	—	○
		—	○						
		—	○						
		—	○						
		—	○						
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	○	—	—	—	○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○						
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○						
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○						
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	○	—	—	—	○
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○						
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○						
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○						
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○						
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○						
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	○	—	—	—	○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○						
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○						
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○						

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備			重複性 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○					
		航空機燃料火災への消火	○					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○			原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ装置スクラッピング水温度 フィルタ装置圧力 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ装置スクラッピング水温度 フィルタ装置圧力 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉圧力容器温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対処設備			設計基準事故対処設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対処設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン機室域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船渠式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋外側プロローアパネルの閉止による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		気象観測設備の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏上モニタリング	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○		○	○	○	○	○	○
		通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○	○	○	○	○	○
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-B1-3
溢水源:	復水・凝水系
溢水量(m3):	325

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (サブプレッション・チェンバ)			
46	61	遠がし安全弁	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (サブプレッション・チェンバ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替直流電源設備による遠がし安全弁機能回復	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (サブプレッション・チェンバ)			
		遠がし安全弁用可搬型蓄電池による遠がし安全弁機能回復	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (サブプレッション・チェンバ)			
		非常用駆動系供給系による緊急確保	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (サブプレッション・チェンバ)			
		非常用遠がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (サブプレッション・チェンバ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (サブプレッション・チェンバ)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	残存溶融炉心冷却系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残存溶融炉心冷却系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			残存溶融炉心冷却系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (貯留罐) 取水路 取水ビット			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系 (貯留罐) 取水路 取水ビット			
		非常用取水設備	○			非常用取水設備			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留罐) 取水路 取水ビット			
		緊急用海水系	○			緊急用海水系			
		非常用取水設備	○			非常用取水設備			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	代替格納容器スプレイ冷却系(常設) (原子炉格納容器)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
		緊急用海水系	○			緊急用海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留罐) 取水路 取水ビット			
		非常用取水設備	○			非常用取水設備			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水 (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水 (原子炉格納容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			溶融炉心の落下遅延及び防止 (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水 (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水 (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水 (原子炉格納容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			溶融炉心の落下遅延及び防止 (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水 (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水 (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水 (原子炉格納容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 (原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 (原子炉格納容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による (原子炉格納容器)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視 (原子炉格納容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出 (原子炉格納容器)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	原子炉揮発ガス処理系による水素排出 (原子炉格納容器)			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制 (原子炉格納容器)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			原子炉揮発内の水素濃度監視設備 (原子炉格納容器)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水 (原子炉格納容器)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水 (原子炉格納容器)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ (原子炉格納容器)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ (原子炉格納容器)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ (原子炉格納容器)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ (原子炉格納容器)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備			権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納器ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○					
		航空機燃料火災への消火	○					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○			原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 原子炉水位(SA)の他チャンネル 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-B1-4
溢水源:	復水・凝水系
溢水量(m3):	325

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁排気管)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			125V系蓄電池A系、B系			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(アキュムレータ)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系注入弁)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		緊急用海水系	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)、海			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(残留熱除去系(低圧注水系))			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系海水系			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(原子炉格納容器)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			高圧炉心スプレイス系			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			残留熱除去系海水系			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(貯留庫)、取水路、取水ピット			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			—			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)			
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内水素濃度(SA)			○
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			主要パラメータの他チャンネル			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定													
		対象施設(設備)	個別機能維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能維持判定		重複性 有無等												
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)															
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ															
		使用済燃料プールの監視	○																	
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和				○												
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○																	
		航空機燃料火災への消滅	○																	
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留層) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機~メタルクラッド閉鎖箱 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機海水ポンプ~非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池 A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池 A, B系) (普通125V電線 A, B, HPCS系~直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B~直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池 A, B, HPCS系~直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池 A, B系~直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)							○								
57	72	非常用交流電源設備	○	防止					○											
		非常用直流電源設備	○																	
		燃料給油設備による給油	○																	
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル															
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル															
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 原子炉炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量															
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 常設高圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下層水位 主要パラメータの他チャンネル															
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 格納容器下層水位 主要パラメータの他チャンネル															
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力															
		原子炉格納容器内の圧力	○		ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力															
		原子炉格納容器内の水位	○		低圧代替注水系統原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下層注水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル															
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル															
		原子炉格納容器内の放射線量率	○		主要パラメータの他チャンネル															
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ格納容器入口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル 主要パラメータ(フィルタ格納容器出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル)															○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル															
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル															
		最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ペント)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル															
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル															
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル															
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力															

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-B1-6
溢水源:	濃縮廃液・除液中和スラッジ系
溢水量(m3):	326

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系) (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系))			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系海水系			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(原子炉格納容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット (原子炉格納容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
			○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定		
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類				対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定
		<p>大気への放射性物質の拡散抑制</p> <p>代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却</p> <p>使用済燃料プールの監視</p>	○	○						
55	70	<p>大気への放射性物質の拡散抑制</p> <p>海洋への放射性物質の拡散抑制</p> <p>航空機燃料火災への消火</p>	○	○	緩和				○	
56	71	<p>重大事故等収束のための水源</p> <p>水の供給</p> <p>常設代替交流電源設備による給電</p> <p>可搬型代替交流電源設備による給電</p> <p>所内常設直交流電源設備による給電</p> <p>可搬型代替直交流電源設備による給電</p> <p>代替所内電気設備による給電</p>	○	○	防止				○	
57	72	<p>非常用交流電源設備</p> <p>非常用直交流電源設備</p> <p>燃料給油設備による給油</p>	○	○	防止				○	
		<p>原子炉圧力容器内の温度</p> <p>原子炉圧力容器内の圧力</p> <p>原子炉圧力容器内の水位</p> <p>原子炉圧力容器への注水量</p> <p>原子炉格納容器内への注水量</p> <p>原子炉格納容器内の温度</p> <p>原子炉格納容器内の圧力</p> <p>原子炉格納容器内の水位</p> <p>原子炉格納容器内の水素濃度</p> <p>原子炉格納容器内の放射線量</p> <p>未臨界の維持又は確認</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)</p> <p>格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)</p> <p>格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)</p>	○	○	○	○	○	○	○	○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-B1-7
溢水源:	復水・凝水系
溢水量(m3):	325

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系遠がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	遠がし安全弁	○		防止	主蒸気系遠がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		可搬型代替直流電源設備による遠がし安全弁機能回復	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		遠がし安全弁用可搬型蓄電池による遠がし安全弁機能回復	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		非常用駆動系による駆動確保	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		非常用遠がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		非常用取水設備	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
48	63	格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (格納容器)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (格納容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (格納容器)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			○
		格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
			○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (残留熱除去系海水系) (残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			(原子炉格納容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	—			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○						
		格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○						
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○				
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○				
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和		○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止		○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○				
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替系注水ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	RW-B1-8	○
溢水原因:	スラッシュ系	
溢水量(m3):	10	

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3					
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンネル) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンネル) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)				
		逃がし安全弁	○			主蒸気逃がし安全弁排気管				
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用駆動系供給系による差圧確保	○			(アキュムレータ)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				○
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(サブプレッション・チャンネル)、海 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンネル)、海 (原子炉圧力容器)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンネル) (原子炉圧力容器)				
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンネル) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンネル) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンネル)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンネル)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	(サブプレッション・チャンネル) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンネル)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンネル) (残留熱除去系海水系)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンネル) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンネル) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンネル)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)				
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンネル) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンネル) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンネル) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンネル)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンネル) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンネル) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンネル) 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チャンネル) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チャンネル)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
			○			(原子炉格納容器)				
			○			—				
			○			(サブプレッション・チャンネル) 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型酸素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	○	緩和	—				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
		原子炉排気ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉排気系内の水素濃度監視設備	○			—				
53	68	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンネル)				○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンネル)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンネル)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンネル)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレッド	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

Table with evaluation details: 評価種別: 想定破損, 発生区画: RW-B1-9, 溢水原因: 復水・戻水系, 溢水量(m3): 325, 総合判定: O

Main evaluation table with columns: 条文 (CP), 対象施設 (設備), 個別機能維持判定, 条文判定, 分類, 設計基準事故対処設備, 個別機能維持判定, 確信性の有無等, 判定, 方針 I/II/III 判定. Contains rows 43-69 detailing various safety systems like A/C access, emergency stop, cooling, and containment.

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
		放射線量の測定	○							
60	75	放射線観測車の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
		放射線量の測定	○							
61	76	必要な情報の把握	○		○	○	○	○	○	○
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-B1-10
溢水源:	復水・凝水系
溢水量(m3):	325

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(高圧炉心スプレイス系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		逃がし安全弁	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (スクラムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(スクラムレータ) (スクラムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型酸素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内酸素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉格納容器内の酸素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内酸素濃度(SA)			
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
53	68	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納器ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位		○
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置スクラッピング水温度 フィルタ設置圧力 主要パラメータ(フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)			○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○					
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○					
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○					
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○		中央制御室照明			
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○					
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○					
60	75	放射線量の測定	○		○	※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備			○
		放射能観測車の代替測定	○		○					
		気象観測設備の代替測定	○		○					
		放射線量の測定	○		○					
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○		○					
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○					
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○					
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○		○		[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備			
		通信連絡	○		○					
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○					
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)			○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○					

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	RW-B1-12
溢水源:	使用済燃料貯蔵系
溢水量(m3):	10

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)				
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管 自動減圧系				
46	61	可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				○
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				○
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)				
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海 残留熱除去系海水系				
			○			(残留熱除去系海水系)				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	○	緩和	—				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○	○	緩和	—				○
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレィヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレィヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレィノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレィ	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性 の有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	SWP-1
溢水源:	残留熱除去系海水系
溢水量(m3):	267

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○	○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○	○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)				
		原子炉冷却材圧カバウンダリによる圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気遠がし安全弁) (アキュムレータ)				
46	61	遠がし安全弁	○	○	防止	主蒸気遠がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ) (アキュムレータ)			○	○
		原子炉減圧の自動化	○			(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)				
		可搬型代替直流電源設備による遠がし安全弁機能回復	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
		遠がし安全弁用可搬型蓄電池による遠がし安全弁機能回復	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
		非常用駆動系による差圧確保	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)				
		非常用遠がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○	○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)				
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
48	63	格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○	○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○	○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系			○	○
		格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チェンバ)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系				
			○			(残留熱除去系海水系)				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	—			○	○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)				
		格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○	○
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ビット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力		
		原子炉格納容器内の圧力	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水位 残留熱除去系熱交換器入口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉心スレイ系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	SWP-2
溢水源:	残留熱除去系海水系
溢水量(m3):	267

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (サブプレッション・チャンバ)				
		逃がし安全弁	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系がし安全弁排気管				
46	61	可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○	○	防止	自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系				○
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)				
47	62	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				○
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		残留熱除去系海水系	○							
		非常用取水設備	○							
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(残留熱除去系海水系) (残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		残留熱除去系海水系による除熱	○							
		非常用取水設備	○							
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)				
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○	○	防止	(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		高圧炉心スプレイス系	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉緊急停止系	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チャンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		格納容器内酸素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内酸素濃度(SA)				
		原子炉格納容器内の酸素濃度及び酸素濃度監視	○							
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	—				
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンバ)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	SWP-3
溢水源:	残留熱除去系海水系
溢水量(m3):	267

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3					
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
45	60	高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイ系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧カバウンダリ)の圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)				
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) 主蒸気系がし安全弁排気管				
46	61	原子炉減圧の自動化	○	○	防止	自動減圧系				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用駆動系供給系による差差確保	○			(アキュムレータ)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系 A、B、C系注入弁)				○
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)				
47	62	代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)				○
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		残留熱除去系海水系	○							
		非常用取水設備	○							
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)による原子炉除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
		代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)				○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)				
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チャンバ) (原子炉圧力容器)				○
			○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チャンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
			○			(原子炉格納容器)				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ) — (サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○							
53	68	原子炉排気ガス処理系による水素排出 静電凝結水素再結合器による水素濃度抑制 原子炉排気内の水素濃度監視設備	○	○	緩和	— — —				○
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	SWP-4
溢水源:	補機冷却海水系
溢水量(m3):	287

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁)				
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ)				
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残存溶融炉心冷却系) (低圧炉心スプレイス系) (原子炉圧力容器)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			残留熱除去系(低圧注水系)				
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) (原子炉圧力容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)による除熱	○			(原子炉格納容器)				
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			残留熱除去系海水系				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(原子炉格納容器)				
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			残留熱除去系海水系				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット				
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(原子炉格納容器)				
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系海水系				
50	65	代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	緩和	残留熱除去系海水系				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)				
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			高圧炉心スプレイス系				
			○			原子炉隔離時冷却系				
			○			(原子炉圧力容器)				
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
			○			(原子炉圧力容器)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			残留熱除去系海水系				
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット				
			○			(原子炉格納容器)				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			—				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル				
			○			主要パラメータの他チャンネル				
			○			格納容器内水素濃度(SA)				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	—				
		可搬型酸素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			原子炉格納容器				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレィヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレィヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレィノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレィ	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレィノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレィ	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	SWP-5	○
溢水量:	循環水系	
溢水量(m ³):	694	

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(過がし安全弁) (主蒸気系配管・過がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系過がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系過がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(低圧注水系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス (サブプレッション・チャンバ)			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			(残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
53	68	可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○	○	緩和	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 維持判定	権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破損
発生区画:	HP-1-1
溢水原因:	常設代替高圧電源装置 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	主蒸気系逃がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源装置による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の冷却	○		緩和	(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	—			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレッド	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○				
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○				
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和		○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止		○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○				
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器内の水位	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破損
発生区画:	HP-1-2
溢水源:	常設代替高圧電源装置 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	主蒸気系がし安全弁排気管 自動減圧系 125V系蓄電池A系、B系、HPCS系 125V系蓄電池A系、B系 (アキュムレータ) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		可搬型代替直流電源装置による逃がし安全弁機能回復	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系))			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) (原子炉圧力容器)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (格納容器)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の冷却	○		緩和	(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉緊急停止系	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉緊急停止系	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(低圧注水系)	○			残留熱除去系(低圧注水系) (サブプレッション・チャンバ)			
		低圧炉心スプレイス系	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			—			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定			
		大気への放射性物質の拡散抑制 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却 使用済燃料プールの監視	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○		緩和					
56	71	重大事故等収束のための水源 水の供給 常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直流電源設備による給電 可搬型代替直流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○		防止	(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 管路)				
57	72	非常用交流電源設備 非常用直流電源設備 燃料給油設備による給油	○		防止	(給油庫ダクト) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)				
		原子炉圧力容器内の温度 原子炉圧力容器内の圧力 原子炉圧力容器内の水位 原子炉圧力容器への注水量 原子炉格納容器内への注水量 原子炉格納容器内の温度 原子炉格納容器内の圧力 原子炉格納容器内の水位 原子炉格納容器内の水素濃度 原子炉格納容器内の放射線量率 未臨界の維持又は確認 最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系) 最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置) 最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント) 最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系) 格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態) 格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	(サブプレッション・チェンバ)の他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サプレッション・プール水位 格納容器下排水水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サプレッション・チェンバ圧力 サプレッション・プール水温度 サプレッション・チェンバ雰囲気温度 サプレッション・チェンバ圧力 サプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン機帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機帯域用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水注水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 サプレッション・プール水温度 サプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サプレッション・チェンバ圧力 フィルタ装置スクラビング水温度 フィルタ装置圧力 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サプレッション・チェンバ圧力				
58	73	最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系) 最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置) 最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント) 最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系) 格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態) 格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		防止	起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サプレッション・チェンバ圧力 フィルタ装置スクラビング水温度 フィルタ装置圧力 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機帯域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サプレッション・チェンバ圧力				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替系注水ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破損
発生区画:	HP-1-3
溢水原因:	常設代替高圧電源装置 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	回復性 の有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (スクラムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源装置による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動確保	○			(スクラムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(スクラムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス注水弁) (残留熱除去系A、B、C系注水弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(残留熱除去系海水系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B1-1
溢水原因:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) 主蒸気逃がし安全弁排気管			
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			○
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		残留熱除去系海水系	○						
		非常用取水設備	○						
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○						
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス (サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○						
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○						
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○						
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○						
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 維持判定	権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		○	※3				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B1-2
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系			
		ほう酸水注入系	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			自動減圧系			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイ系			
46	61	原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○	○	防止	原子炉隔離時冷却系			○
		逃がし安全弁	○			(原子炉圧力容器)			
		原子炉減圧の自動化	○			(原子炉圧力容器)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(原子炉隔離時冷却系)			
		非常用窒素供給系による窒素確保	○			高圧炉心スプレイ系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(原子炉圧力容器)			
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	(サブプレッション・チェンバ)							
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		非常用取水設備	○			低圧炉心スプレイ系			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(原子炉圧力容器)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
48	63	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		緊急用海水系	○			低圧炉心スプレイ系			
		非常用取水設備	○			(原子炉圧力容器)			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		緊急用海水系	○			(原子炉格納容器)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ビット			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	高圧炉心スプレイ系			○
		原子炉緊急停止系	○			原子炉隔離時冷却系			
		制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット	○			(原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(低圧注水系)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		低圧炉心スプレイ系	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		(原子炉圧力容器)	○			低圧炉心スプレイ系			
		(サブプレッション・チェンバ)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		海	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		(貯留庫) 取水路 取水ビット	○			(原子炉格納容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(原子炉格納容器)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)			
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	—			○
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			主要パラメータの他チャンネル			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			格納容器内水素濃度(SA)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			—			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	燃料プール冷却浄化系			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(使用済燃料プール)			
		燃料プール冷却浄化系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)	○			燃料プール冷却浄化系			
		燃料プール冷却浄化系	○			(使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B1-4
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイ系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイ系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ビット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 高圧炉心スプレイ系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
51	66		○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイ系 (サブプレッション・チェンバ)			○
			○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (サブプレッション・チェンバ)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	×				○	
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B1-5
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○								
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
非常用取水設備	○		残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット						
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
非常用取水設備	○		残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット						
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
51	66	格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	高圧炉心スプレイス			○
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
	○		残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット						
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	×				○	
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B1-6
溢水原因:	常設代替高圧電源装置 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	主蒸気系逃がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源装置による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
47	62	インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
48	63	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
49	64	残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○		防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(貯留庫) 取水路 取水ピット			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			残留熱除去系海水系			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			残留熱除去系海水系			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイス)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイス)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズ)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B1-7
溢水原因:	常設代替高圧電源装置 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源装置による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残存溶融炉心冷却系) (低圧炉心スプレイス系) (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残存溶融炉心冷却系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残存溶融炉心冷却系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(原子炉格納容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		可搬型酸素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器内酸素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(原子炉格納容器)			
		原子炉格納容器内の酸素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内酸素濃度(SA)			
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

本文 (EP)	本文 (CP)	重大事故等対応設備				設計基準事故対応設備				権復性		方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	本文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	権復性の 有無等	判定			
		<p>大気への放射性物質の拡散抑制</p> <p>代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却</p> <p>使用済燃料プールの監視</p>	○	○		(サブプレッション・チェンバ)						
		<p>大気への放射性物質の拡散抑制</p> <p>海洋への放射性物質の拡散抑制</p> <p>航空機燃料火災への消火</p>	○	○	緩和	—						○
		重大事故等収束のための水源	○	○	防止	—						○
		<p>水の供給</p> <p>常設代替交流電源設備による給電</p> <p>可搬型代替交流電源設備による給電</p> <p>所内常設直流電源設備による給電</p> <p>可搬型代替直流電源設備による給電</p> <p>代替所内電気設備による給電</p>	○	○		<p>(サブプレッション・チェンバ)</p> <p>原子炉緊急停止系</p> <p>制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット</p> <p>(貯留庫) 取水路 取水ビット</p> <p>2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機</p> <p>2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機</p> <p>2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機</p> <p>125V系蓄電池A系・B系・HPCS系</p> <p>非常用所内電気設備</p> <p>125V系蓄電池A系・B系・HPCS系</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機~メタルクラッド閉鎖器 電路)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ~非常用ディーゼル発電機 送路)</p> <p>給油庫タンク</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)</p> <p>(125V系蓄電池A, B, HPCS系)</p> <p>(中性子モニタ用蓄電池A, B系)</p> <p>(普通125V電機A, B, HPCS~直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路)</p> <p>(120/240V計装用主母線盤2A, 2B~直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)</p> <p>(125V系蓄電池A, B, HPCS系~直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路)</p> <p>(中性子モニタ用蓄電池A, B系~直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)</p>						
		非常用交流電源設備	○	○	防止	—						○
		非常用直流電源設備	○			—						
		燃料給油設備による給油	○			—						
		原子炉圧力容器内の温度	○			<p>原子炉圧力(SA)</p> <p>原子炉水位(広帯域)</p> <p>原子炉水位(燃料域)</p> <p>原子炉水位(SA広帯域)</p> <p>原子炉水位(SA燃料域)</p> <p>残留熱除去系熱交換器入口温度</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p>						
		原子炉圧力容器内の圧力	○			<p>原子炉圧力(SA)</p> <p>原子炉水位(広帯域)</p> <p>原子炉水位(燃料域)</p> <p>原子炉水位(SA広帯域)</p> <p>原子炉水位(SA燃料域)</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p>						
		原子炉圧力容器内の水位	○			<p>原子炉水位(SA広帯域)</p> <p>原子炉水位(SA燃料域)</p> <p>高圧代替注水系系統流量</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機槽用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機槽用)</p> <p>代替循環冷却系原子炉注水流量</p> <p>原子炉隔離時冷却系系統流量</p> <p>低圧炉心スレイ系系統流量</p> <p>残留熱除去系系統流量</p> <p>低圧炉心スレイ系系統流量</p> <p>原子炉圧力(SA)</p>						
		原子炉圧力容器への注水量	○			<p>サブプレッション・チェンバ圧力</p> <p>サブプレッション・プール水位</p> <p>原子炉水位(広帯域)</p> <p>原子炉水位(燃料域)</p> <p>原子炉水位(SA広帯域)</p> <p>原子炉水位(SA燃料域)</p> <p>常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力</p> <p>代替循環冷却系ポンプ吐出圧力</p> <p>原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力</p> <p>高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力</p> <p>残留熱除去系ポンプ吐出圧力</p> <p>低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>西側淡水貯槽水位</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>西側淡水貯槽水位</p> <p>サブプレッション・プール水位</p> <p>格納容器下層水位</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p>						
		原子炉格納容器内への注水量	○			<p>ドライウエル圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p> <p>サブプレッション・プール水温度</p> <p>サブプレッション・チェンバ雰囲気温度</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ雰囲気温度</p> <p>ドライウエル圧力</p> <p>ドライウエル圧力雰囲気温度</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機槽用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)</p> <p>低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用)</p> <p>低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用)</p> <p>低圧代替注水系格納容器下層注水流量</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>西側淡水貯槽水位</p> <p>ドライウエル圧力</p>						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○			<p>主要パラメータの他チャンネル</p>						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○			<p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C)</p> <p>格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W)</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p>						○
		未臨界の維持又は確認	○	○	防止	平均出力領域計装						○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○			<p>起動領域計装</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>サブプレッション・チェンバ雰囲気温度</p> <p>残留熱除去系熱交換器出口温度</p> <p>代替循環冷却系原子炉注水流量</p> <p>サブプレッション・プール水温度</p> <p>ドライウエル雰囲気温度</p> <p>サブプレッション・チェンバ雰囲気温度</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p>						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○			<p>ドライウエル圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p> <p>フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル</p>						
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○			<p>格納容器内水素濃度(SA)</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p>						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○			<p>原子炉圧力容器温度</p> <p>サブプレッション・プール水温度</p> <p>残留熱除去系熱交換器入口温度</p> <p>残留熱除去系海水系系統流量</p> <p>緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器)</p> <p>緊急用海水系流量(残留熱除去系機槽)</p> <p>残留熱除去系ポンプ吐出圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p>						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○			<p>原子炉水位(SA広帯域)</p> <p>原子炉水位(SA燃料域)</p> <p>原子炉水位(燃料域)</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>原子炉圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p>						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○			<p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>ドライウエル圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p>						

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B1-8
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
46	61	原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		逃がし安全弁	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉減圧の自動化	○			(逃がし安全弁)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁)			
		非常用蓄電池給系による蓄電池確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)			
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	(高圧炉心スプレイ系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水注入弁) (低圧炉心スプレイ系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)							
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		緊急用海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイ系			
		原子炉隔離時冷却系	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			○
			○			(原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイ系			
	○	(サブプレッション・チェンバ)、海							
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉格納容器)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 維持判定	権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	×				○	
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機・PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)・電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B1-9
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系))			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
48	63	緊急用海水系	○		防止	残留熱除去系海水系			○
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系) (貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
51	66	原子炉緊急停止系	○		緩和	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(低圧注水系)	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧炉心スプレイス系	○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス系	○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チェンバ)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			—			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	×				○	
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		気象観測設備の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏上モニタリング	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○		○	○	○	○	○	○
		通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○	○	○	○	○	○
		発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B1-10
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備		修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—	—	—	—
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイ系 (原子炉圧力容器)			
		高圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		逃がし安全弁	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)			
		非常用駆動系供給系による緊急確保	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)			
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○	制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (逃がし安全弁)							
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイ系による原子炉注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系海水系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
非常用取水設備	○	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)							
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
非常用取水設備	○	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)							
49	64	代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)による格納容器内の除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	原子炉緊急停止系	—	—	○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器下部注水系による注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	原子炉緊急停止系	—	—	○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器下部注水系による注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	原子炉緊急停止系	—	—	○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	原子炉緊急停止系	—	—	○
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	原子炉緊急停止系	—	—	○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイノズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○					
		航空機燃料火災への消火	○					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ビット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備	○		○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	×					
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖型 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) 軽油貯蔵タンク (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量			
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度			
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の放射線量	○		低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル			
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○	○	○	○	○	○
60	75	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		気象観測設備の代替測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○	○	○	○	○	○
61	76	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○		○	○	○	○	○	○
		通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○	○	○	○	○	○
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B1-11
溢水原因:	常設代替高圧電源設置現場 換気空調系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイス系)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	(残存溶融炉心冷却系) (低圧炉心スプレイス系) (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ) 残存溶融炉心冷却系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (サブプレッション・チェンバ)、海			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(原子炉圧力容器)			
48	63	緊急用海水系	○		防止	残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		非常用取水設備	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) (原子炉圧力容器)			
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○		防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)			
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(格納容器)			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(残留熱除去系海水系)			
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			—			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○		防止	燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
			○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	×				○	
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B1-13
溢水原因:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			(サブプレッション・チェンバ) (高圧炉心スプレイス系)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			○
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	(残存溶融炉心冷却系) (低圧炉心スプレイス系) (原子炉圧力容器)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
48	63	緊急用海水系	○		防止	残留熱除去系海水系			○
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
49	64	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		非常用取水設備	○			(格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
50	65	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○		緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			○
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系海水系			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫) 取水路 取水ピット (原子炉格納容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
			○			高圧炉心スプレイス系			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
52	67	溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)			○
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チェンバ) 海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(貯留庫) 取水路 取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
53	68	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)			
54	69	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○		防止	主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			○
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		静的無揮発水素再結合器による水素濃度抑制	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○			(サブプレッション・チェンバ)			
可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給)						
可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレッドヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレッド	○		燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)						

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 維持判定	権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	×				○	
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B4-4
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残存溶融炉心冷却系) (低圧炉心スプレイス系) (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残存溶融炉心冷却系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残存溶融炉心冷却系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ)装置 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	×					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B4-5
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	回復性 の有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (スクラムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	主蒸気系逃がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			(スクラムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(スクラムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
51	66		○		緩和	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (サブプレッション・チャンバ)			
			○			(残留熱除去系海水系)			
			○			(原子炉格納容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	—			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {常用電源設備}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	HP-B4-6
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ) (原子炉隔離時冷却系)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(遠がし安全弁) (主蒸気系配管・遠がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系遠がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	遠がし安全弁	○		防止	主蒸気系遠がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による遠がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		遠がし安全弁用可搬型蓄電池による遠がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		非常用遠がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系))			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(低圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○						
48	63	格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) 残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系) 残留熱除去系海水系			
		緊急用海水系	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○						
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チャンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チャンバ)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
		格納容器圧力遠がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○						
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替系注水ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {常用電源設備}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {緊急経路(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	K-1	
溢水原因:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系	
溢水量(m ³):	4	

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			回復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系				
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (原子炉隔離時冷却系)				
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)				
		逃がし安全弁	○			主蒸気逃がし安全弁排気管				
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系				
		非常用駆動系供給系による緊急確保	○			(アキュムレータ)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系 A、B、C系注入弁)				○
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系)				
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)				○
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)				
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)				
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)				○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)				
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系				
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系海水系 (貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウエル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウエル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		高圧炉心スプレイス系	○			高圧炉心スプレイス系				
		原子炉隔離時冷却系	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(低圧注水系)	○			残留熱除去系(低圧注水系)				
		低圧炉心スプレイス系	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(低圧注水系)	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		残留熱除去系(低圧注水系)	○			残留熱除去系(低圧注水系)				
		低圧炉心スプレイス系	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系海水系	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系				
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット				
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)				
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			—				
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—				
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—				
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—				
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 維持判定	権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊	総合判定
発生区画:	K-2	○
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系	
溢水量(m3):	4	

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			修復性 判定	方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等		
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—				
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系				○
		再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット				
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系				
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス				○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(サブプレッション・チェンバ)				
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
		原子炉減圧の自動化	○			(逃がし安全弁)				
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ)				
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			(主蒸気逃がし安全弁)				
		非常用駆動系による蒸気確保	○			(アクチュムレータ)				
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁)				
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系 A, B, C系注入弁)				
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	残留熱除去系(低圧注水系)				○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)				
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海				
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(原子炉圧力容器)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系)				
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)								
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		非常用取水設備	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		緊急用海水系	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)				
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)				
			○			高圧炉心スプレイス系				
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)				
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)				○
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系				
			○			(サブプレッション・チェンバ)				
			○			残留熱除去系(低圧注水系)				
			○			低圧炉心スプレイス系				
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海				
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)				
53	68	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	(貯留庫)、取水路、取水ビット				○
		原子炉格納容器内の水素濃度監視設備	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)				
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)				
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給 常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直流電源設備による給電 可搬型代替直流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○ ○ ○ ○ ○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)			
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ			
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和				○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○					
		航空機燃料火災への消火	○					
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)			
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	防止				○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量			
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内への注水量	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の温度	○		サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力			
		原子炉格納容器内の圧力	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル			
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内放射線モニタ(S/C) 格納容器内放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル			
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サブプレッション・プール水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水位 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル			
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力			
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル			
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力			
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	○	○	○	○	○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○							
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		○	○	○	○	○	○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	○	○	○	○	○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	TK-B1-3
溢水原因:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m ³):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	回復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		高圧炉心スプレイス系	○			高圧炉心スプレイス系			
		原子炉隔離時冷却系	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉緊急停止系	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		高圧炉心スプレイス系	○			高圧炉心スプレイス系			
		原子炉隔離時冷却系	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉緊急停止系	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(低圧注水系)	○			残留熱除去系(低圧注水系)			
		低圧炉心スプレイス	○			低圧炉心スプレイス			
		(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
		残留熱除去系海水系	○			残留熱除去系海水系			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			(原子炉格納容器)			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備			権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		<p>大気への放射性物質の拡散抑制</p> <p>代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却</p> <p>使用済燃料プールの監視</p>	○	○		<p>(サブプレッション・チェンバ)</p> <p>残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却)</p> <p>燃料プール冷却浄化系</p> <p>(使用済燃料プール)</p> <p>残留熱除去系海水系</p> <p>取水路 取水ビット</p> <p>使用済燃料プール水位</p> <p>燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度</p> <p>使用済燃料プール温度</p> <p>燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ</p> <p>原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ</p> <p>原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ</p>		
55	70	<p>大気への放射性物質の拡散抑制</p> <p>海洋への放射性物質の拡散抑制</p> <p>航空機燃料火災への消火</p>	○	○	緩和			○
56	71	<p>重大事故等収束のための水源</p> <p>水の供給</p> <p>常設代替交流電源設備による給電</p> <p>可搬型代替交流電源設備による給電</p> <p>所内常設直交流電源設備による給電</p> <p>可搬型代替直交流電源設備による給電</p> <p>代替所内電気設備による給電</p>	○	○	防止	<p>(サブプレッション・チェンバ)</p> <p>原子炉緊急停止系</p> <p>制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット</p> <p>(貯留庫) 取水路 取水ビット</p> <p>2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機</p> <p>2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機</p> <p>2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機</p> <p>125V系蓄電池A系・B系・HPCS系</p> <p>非常用所内電気設備</p> <p>125V系蓄電池A系・B系・HPCS系</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド開閉装置 電路)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)</p>		○
57	72	<p>非常用交流電源設備</p> <p>非常用直交流電源設備</p> <p>燃料給油設備による給油</p>	○	○	防止	<p>(給油車タンク)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ)</p> <p>(2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁)</p> <p>(125V系蓄電池A, B, HPCS系)</p> <p>(中性子モニタ用蓄電池A, B系)</p> <p>(普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路)</p> <p>(120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)</p> <p>(125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路)</p> <p>(中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)</p> <p>(給油車タンク) 2C・2D・非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ</p> <p>原子炉圧力(SA)</p> <p>原子炉圧力(広帯域)</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力(SA広帯域)</p> <p>原子炉圧力(SA燃料域)</p> <p>残留熱除去系熱交換器入口温度</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>原子炉圧力(SA)</p> <p>原子炉圧力(広帯域)</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力(SA広帯域)</p> <p>原子炉圧力(SA燃料域)</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>原子炉圧力容器内の他チャンネル</p> <p>原子炉圧力(SA広帯域)</p> <p>原子炉圧力(SA燃料域)</p> <p>高圧代替注水系系統流量</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用)</p> <p>代替循環冷却系原子炉注水流</p> <p>原子炉隔離時冷却系系統流量</p> <p>原子炉心スレイ系系統流量</p> <p>残留熱除去系系統流量</p> <p>低圧炉心スレイ系系統流量</p> <p>原子炉圧力(SA)</p> <p>原子炉圧力(広帯域)</p> <p>サブプレッション・プール水位</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力(SA燃料域)</p> <p>常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力</p> <p>代替循環冷却系ポンプ吐出圧力</p> <p>原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力</p> <p>高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力</p> <p>残留熱除去系ポンプ吐出圧力</p> <p>低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>西側淡水貯水設備水位</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>サブプレッション・プール水位</p> <p>格納容器下排水水位</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>ドライウエル圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p> <p>サブプレッション・プール水温度</p> <p>サブプレッション・チェンバ雰囲気温度</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ雰囲気温度</p> <p>ドライウエル圧力</p> <p>ドライウエル圧力雰囲気温度</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用)</p> <p>低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用)</p> <p>低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用)</p> <p>低圧代替注水系格納容器下排水流量</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>西側淡水貯水設備水位</p> <p>ドライウエル圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>西側淡水貯水設備水位</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力(SA燃料域)</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>原子炉圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>ドライウエル圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p> <p>フィルタ装置スクラビング水温度</p> <p>フィルタ装置圧力</p> <p>主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル</p> <p>格納容器内水素濃度(SA)</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>サブプレッション・プール水温度</p> <p>残留熱除去系熱交換器入口温度</p> <p>残留熱除去系海水系系統流量</p> <p>緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器)</p> <p>緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫)</p> <p>残留熱除去系ポンプ吐出圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>原子炉圧力(SA広帯域)</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>原子炉圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>ドライウエル圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p>		○
58	73	<p>原子炉圧力容器内の温度</p> <p>原子炉圧力容器内の圧力</p> <p>原子炉圧力容器内の水位</p> <p>原子炉圧力容器への注水量</p> <p>原子炉格納容器内への注水量</p> <p>原子炉格納容器内の温度</p> <p>原子炉格納容器内の圧力</p> <p>原子炉格納容器内の水位</p> <p>原子炉格納容器内の水素濃度</p> <p>原子炉格納容器内の放射線量</p> <p>未臨界の維持又は確認</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)</p> <p>最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)</p> <p>格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)</p> <p>格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)</p>	○	○	防止	<p>原子炉圧力(SA)</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力(SA広帯域)</p> <p>原子炉圧力(SA燃料域)</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>原子炉圧力容器内の他チャンネル</p> <p>原子炉圧力(SA広帯域)</p> <p>原子炉圧力(SA燃料域)</p> <p>高圧代替注水系系統流量</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用)</p> <p>代替循環冷却系原子炉注水流</p> <p>原子炉隔離時冷却系系統流量</p> <p>原子炉心スレイ系系統流量</p> <p>残留熱除去系系統流量</p> <p>低圧炉心スレイ系系統流量</p> <p>原子炉圧力(SA)</p> <p>原子炉圧力(広帯域)</p> <p>サブプレッション・プール水位</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力(SA燃料域)</p> <p>常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力</p> <p>代替循環冷却系ポンプ吐出圧力</p> <p>原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力</p> <p>高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力</p> <p>残留熱除去系ポンプ吐出圧力</p> <p>低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>西側淡水貯水設備水位</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>サブプレッション・プール水位</p> <p>格納容器下排水水位</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>ドライウエル圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p> <p>サブプレッション・プール水温度</p> <p>サブプレッション・チェンバ雰囲気温度</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ雰囲気温度</p> <p>ドライウエル圧力</p> <p>ドライウエル圧力雰囲気温度</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用)</p> <p>低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機庫用)</p> <p>低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用)</p> <p>低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用)</p> <p>低圧代替注水系格納容器下排水流量</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>西側淡水貯水設備水位</p> <p>ドライウエル圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>代替淡水貯槽水位</p> <p>西側淡水貯水設備水位</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力(SA燃料域)</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>原子炉圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>ドライウエル圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p> <p>フィルタ装置スクラビング水温度</p> <p>フィルタ装置圧力</p> <p>主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル</p> <p>格納容器内水素濃度(SA)</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>サブプレッション・プール水温度</p> <p>残留熱除去系熱交換器入口温度</p> <p>残留熱除去系海水系系統流量</p> <p>緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器)</p> <p>緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫)</p> <p>残留熱除去系ポンプ吐出圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>原子炉圧力(SA広帯域)</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力(燃料域)</p> <p>原子炉圧力容器温度</p> <p>原子炉圧力</p> <p>主要パラメータの他チャンネル</p> <p>ドライウエル圧力</p> <p>サブプレッション・チェンバ圧力</p>		○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	TK-B2-1
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	回復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残存溶融炉心冷却系) (低圧炉心スプレイス系) (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残存溶融炉心冷却系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残存溶融炉心冷却系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		残存熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残存熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残存熱除去系海水系			
		残存熱除去系海水系	○			(残存熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残存熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残存熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
48	63	残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			○
		残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残存熱除去系(サブプレッション・チャンバ)による除熱	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残存熱除去系海水系			
		残存熱除去系海水系による除熱	○			(残存熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)			
		残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残存熱除去系海水系			
		残存熱除去系海水系による除熱	○			(残存熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ)			
		残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残存熱除去系海水系			
		残存熱除去系海水系による除熱	○			(残存熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残存熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残存熱除去系海水系			
			○			(残存熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			(原子炉格納容器)			
		可搬型酸素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内酸素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			(サブプレッション・チャンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内			
		原子炉格納容器内の酸素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内酸素濃度(SA)			
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	—			○
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静電凝縮水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残存熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残存熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンバ) 残存熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残存熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	残存熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限性 維持判定	権限性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	TK-B2-2
溢水原因:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m ³):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	修復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3				
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンネル) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンネル) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残存溶融炉心冷却系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンネル) 残存溶融炉心冷却系(低圧注水系)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンネル)、海 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンネル) (残存溶融炉心冷却系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			○
		残存熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンネル) 残存熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残存熱除去系海水系			
		残存熱除去系海水系	○			(残存熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンネル)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残存熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残存熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
48	63	残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンネル)			○
		残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)による除熱	○			(サブプレッション・チャンネル)			
		緊急用海水系	○			(残存熱除去系海水系)			
		残存熱除去系海水系による除熱	○			(残存熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンネル)			
		残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			(サブプレッション・チャンネル)			
		緊急用海水系	○			(残存熱除去系海水系)			
		残存熱除去系海水系による除熱	○			(残存熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残存熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残存熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンネル)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンネル) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンネル)			
			○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チャンネル) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残存熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チャンネル)、海			
			○			残存熱除去系海水系			
			○			(残存熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
			○			—			
			○			(サブプレッション・チャンネル)			
			○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化 可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化 格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○	○	緩和	(原子炉格納容器)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残存熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			(サブプレッション・チャンネル) 残存熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンネル) 残存熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンネル) 残存熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	(サブプレッション・チャンネル) 残存熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			権限性 の有無等	方針 I/II/III 判定	
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定			
		大気への放射性物質の拡散抑制 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却 使用済燃料プールの監視	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ビット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納容器放射線モニタ				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和				○	
56	71	重大事故等収束のための水源 水の供給 常設代替交流電源設備による給電 可搬型代替交流電源設備による給電 所内常設直流電源設備による給電 可搬型代替直流電源設備による給電 代替所内電気設備による給電	○ ○ ○ ○ ○ ○	○	防止	(サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ビット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド開閉装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)			○	
57	72	非常用交流電源設備 非常用直流電源設備 燃料給油設備による給油	○ ○ ○	○	防止	(給油機室タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)			○	
58	73	原子炉圧力容器内の温度	○			原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉圧力容器内の圧力	○			原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉圧力容器内の水位	○			原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機室用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機室用) 代替循環冷却系原子炉注水流 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サプレッション・チェンバ圧力 サプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 サプレッション・プール水位 格納容器下盤水位 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉圧力容器への注水量	○			原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サプレッション・プール水位 格納容器下盤水位 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉格納容器内への注水量	○			サプレッション・チェンバ圧力 サプレッション・プール水位 格納容器下盤水位 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉格納容器内の温度	○			ドライウェル圧力 サプレッション・チェンバ圧力 サプレッション・プール水温度 サプレッション・チェンバ雰囲気温度 サプレッション・チェンバ圧力 サプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度				
		原子炉格納容器内の圧力	○			低圧代替注水系原子炉注水流(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン機室用) 低圧代替注水系原子炉注水流(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下盤注水流 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 ドライウェル圧力 サプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○			格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル				
		原子炉格納容器内の放射線量率	○			格納容器内放射線モニタ(S/C) 格納容器内放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル				
		未臨界の維持又は確認	○	○	防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流 サプレッション・プール水温度 ドライウェル雰囲気温度 サプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル				○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○			ドライウェル圧力 サプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○			格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル				
		最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)	○			原子炉圧力容器温度 サプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機室) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル				
最終ヒートシンクの確保 (格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態))	○			原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル						
格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○			ドライウェル圧力 サプレッション・チェンバ圧力						

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○			送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) [安全パラメータ表示システム(SPDS)]				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	TK-B2-3
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備 対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
		代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○			原子炉緊急停止系			
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
44	59	ほう酸水注入系	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉隔離時冷却系 高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
45	60	高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (高圧炉心スプレイス系) 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			○
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁)			
		逃がし安全弁	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		原子炉減圧の自動化	○			主蒸気系逃がし安全弁排気管			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			自動減圧系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		非常用電源供給系による緊急確保	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(アキュムレータ) (アキュムレータ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水注入弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(残留熱除去系A、B、C系注入弁) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
47	62	低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			○
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チャンバ)			
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)) (原子炉圧力容器)			
48	63	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○	○	防止	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			○
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チャンバ)	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系海水系)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チャンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
		溶融炉心の落下遅延及び防止	○			(サブプレッション・チャンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス			
			○			(サブプレッション・チャンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
			○			(残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
		不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チャンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格納容器内水素濃度(SA)			
		原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
52	67	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○	○	緩和	—			
		原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○			—			
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	(サブプレッション・チャンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			○

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 維持判定	権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量率	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

Table with evaluation details: 評価種別 (想定破壊), 発生区画 (TK-B3-1), 溢水原因 (非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系), 溢水量(m3) (4).

総合判定: O

Main evaluation table with columns: 条文(EP), 条文(OP), 対象施設(設備), 個別機能維持判定, 条文判定, 分類, 設計基準事故対応設備, 個別機能維持判定, 修復性の有無等, 判定, 方針I/II/III判定. Rows include items like アクセサリート確保, 代替制御棒挿入機能, 高圧代替注水系, etc.

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権限 維持判定	権限 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類			
		大気への放射性物質の拡散抑制	○					
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○					
		使用済燃料プールの監視	○					
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制 海洋への放射性物質の拡散抑制 航空機燃料火災への消火	○ ○ ○	○	緩和			○
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止			○
		水の供給	○					
		常設代替交流電源設備による給電	○					
		可搬型代替交流電源設備による給電	○					
		所内常設直流電源設備による給電	○					
		可搬型代替直流電源設備による給電	○					
		代替所内電気設備による給電	○					
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○					
		燃料給油設備による給油	○					
		原子炉圧力容器内の温度	○					
		原子炉圧力容器内の圧力	○					
		原子炉圧力容器内の水位	○					
		原子炉圧力容器への注水量	○					
		原子炉格納容器内への注水量	○					
		原子炉格納容器内の温度	○					
		原子炉格納容器内の圧力	○					
		原子炉格納容器内の水位	○					
		原子炉格納容器内の水素濃度	○					
		原子炉格納容器内の放射線量	○					
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止			○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○					
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○					
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○					
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○					

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船体式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンジャエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び海上モニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話機(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止					○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	TK-B3-3
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	回復性 の有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	主蒸気逃がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			(サブプレッション・チェンバ)			
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			(サブプレッション・チェンバ) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系	○			(残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			(残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(残留熱除去系海水系)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
		非常用取水設備	○			(サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
51	66	格納容器下部注水系(常設)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○		緩和	(サブプレッション・チェンバ)			○
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベダスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			高圧炉心スプレイス			
			○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			低圧炉心スプレイス系			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系			
	○		(貯留庫)、取水路、取水ピット						
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			(サブプレッション・チェンバ) 残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納容器放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線盤2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直交流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直交流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内への注水量	○		原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 ドライウエル圧力雰囲気温度		
		原子炉格納容器内の圧力	○		低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 燃料容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	案文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		○	防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)			○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○		○					
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○		○					
		中央制御室待避室による居住性の確保	○		○					
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○		○		中央制御室照明			
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○		○					
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○		○					
60	75	放射線量の測定	○		○	※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備			○
		放射能観測車の代替測定	○		○					
		気象観測設備の代替測定	○		○					
		放射線量の測定	○		○					
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○		○					
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○		○					
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○		○					
61	76	放射線量の測定	○		○	防止				○
		必要な情報の把握	○		○		[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備			
		通信連絡	○		○					
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○		○					
62	77	発電所内の通信連絡	○		○	防止	[安全パラメータ表示システム(SPDS)]			○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○		○					

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	TK-B3-3
溢水原因:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	回復性 の有無等 判定	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○		防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○		防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリ)の圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○		防止	主蒸気系逃がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			(アキュムレータ)			
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系)) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○								
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○		防止	残留熱除去系(低圧注水系)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉停止時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○		防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (サブプレッション・プール冷却系)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○		緩和	残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○		緩和	残留熱除去系(低圧注水系) (サブプレッション・チェンバ)、海 残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			○
			○			(貯留庫)、取水路、取水ビット (サブプレッション・チェンバ)			
			○			(原子炉格納容器)			
			○			—			
			○			(サブプレッション・チェンバ)設置出口放射線モニタ(高レンジ)の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
			○			—			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○		緩和	—			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○						
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○						
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の水素及び酸素の排出	○						
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○		緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○						
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○						
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○						
54	69	可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○		防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイスノズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対処設備		設計基準事故対処設備		種別機能 維持判定	種別機能 維持判定	種別機能 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	種別機能 維持判定	案文 判定	分類				
		大気への放射性物質の拡散抑制	○						
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○						
		使用済燃料プールの監視	○						
		大気への放射性物質の拡散抑制	○						
55	70	海洋への放射性物質の拡散抑制	○	○	緩和				○
		航空機燃料火災への消火	○						
56	71	重大事故等収束のための水源	○	○	防止				○
		水の供給	○						
		常設代替交流電源設備による給電	○						
		可搬型代替交流電源設備による給電	○						
		所内常設直流電源設備による給電	○						
		可搬型代替直流電源設備による給電	○						
		代替所内電気設備による給電	○						
57	72	非常用交流電源設備	○	○	防止				○
		非常用直流電源設備	○						
		燃料給油設備による給油	○						
		原子炉圧力容器内の温度	○						
		原子炉圧力容器内の圧力	○						
		原子炉圧力容器内の水位	○						
		原子炉圧力容器への注水量	○						
		原子炉格納容器内への注水量	○						
		原子炉格納容器内の温度	○						
		原子炉格納容器内の圧力	○						
		原子炉格納容器内の水位	○						
		原子炉格納容器内の水素濃度	○						
		原子炉格納容器内の放射線量率	○						
58	73	未臨界の維持又は確認	○	○	防止				○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○						
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○						
		最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)	○						
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○						
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○						

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替系注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 常設高圧代替系注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○	○	防止	(中央制御室) (中央制御室遮蔽) (中央制御室換気系)				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○	○	※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○	○	防止					○
		必要な情報の把握	○			[安全パラメータ表示システム(SPDS)] 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○	○	防止					○
		発電所外(社内)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	想定破壊
発生区画:	TK-B3-3
溢水源:	非常用ディーゼル発電機 燃料油移送系
溢水量(m3):	4

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環系ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○			自動減圧系			
45	60	高圧代替注水系による原子炉注水	○	○	防止	高圧炉心スプレイス			○
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
		原子炉冷却材圧カバウンダリ)の圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気逃がし安全弁) (アキュムレータ)			
46	61	逃がし安全弁	○	○	防止	主蒸気逃がし安全弁排気管			○
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系			
		非常用駆動系供給系による駆動系確保	○			(アキュムレータ)			
非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○	(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁) (残留熱除去系(低圧注水系))							
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○						
47	62	低圧代替注水系(常設)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	低圧炉心スプレイス系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
		低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水(残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			(サブプレッション・チェンバ)、海 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(原子炉隔離時冷却系) (原子炉圧力容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
48	63	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	(貯留庫)、取水路、取水ピット			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による原子炉格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
49	64	代替格納容器スプレイス冷却系(常設)による原子炉格納容器内の冷却	○	○	防止	(貯留庫)、取水路、取水ピット			○
		代替格納容器スプレイス冷却系(可搬型)による原子炉格納容器内の冷却	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系))			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			(原子炉格納容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		残留熱除去系海水系による除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (サブプレッション・チェンバ)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	(残留熱除去系海水系)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			(サブプレッション・チェンバ)			
			○			高圧炉心スプレイス系 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器)			
			○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系) (原子炉圧力容器)			○
			○			低圧炉心スプレイス系 (サブプレッション・チェンバ)			
			○			残留熱除去系(低圧注水系)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	(原子炉格納容器)			○
		可搬型窒素供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			—			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			(サブプレッション・チェンバ) 主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイスヘッド)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用した使用済燃料プール注水及びスプレイス	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
			○			—			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系排気ダクト放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留罐) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止	125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖管 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク～非常用ディーゼル発電機 送路) (125V系蓄電池A系・B系・HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A系・B系・HPCS系) (普通125V電線A系・B系・HPCS系～直流125V主母線盤2A・2B・HPCS 電路) (120/240V計装用主母線盤2A・2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A・2B 電路) (125V系蓄電池A系・B系・HPCS系～直流125V主母線盤2A・2B・HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A系・B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A・2B 電路)		○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の圧力	○		原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 サブパラメータの他チャンネル		
		原子炉圧力容器内の水位	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量		
		原子炉圧力容器への注水量	○		原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位		
		原子炉格納容器内への注水量	○		代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下排水位 主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の温度	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力		
		原子炉格納容器内の圧力	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウエル圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下排水流量		
		原子炉格納容器内の水位	○		代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位		
		原子炉格納容器内の水素濃度	○		主要パラメータの他チャンネル		
		原子炉格納容器内の放射線量	○		主要パラメータの他チャンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 主要パラメータの他チャンネル		
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 主要パラメータの他チャンネル		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○		ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ設置出口放射線モニタ(高レンジ)の他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○		格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (耐圧強化ベント)	○		原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル		
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○		原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○		主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系統流量 高圧炉心スプレイ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレイ系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末) 常用電源設備				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX) 送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

条文 (EP)	条文 (CP)	重大事故等対応設備			設計基準事故対応設備			重複性		方針 I / II, III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	重複性の 有無等	判定	
		格納容器バイパスの監視 (原子炉建屋内の状態)	○			ドライウェル雰囲気温度 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 高圧代替注水系系流量 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系流量 高圧炉心スプレイ系流量 残留熱除去系流量 低圧炉心スプレイ系流量 常設高圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(常設ライン稼働用) 低圧代替注水系系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系系格納容器下部注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッションプール水位 常設低圧代替注水系系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他子ヤンネル 静的船煤式水素再結合器動作監視装置 主要パラメータの他子ヤンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C) ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ-低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プール水位・温度(SA広域)				
		水源の確保	○							
		原子炉建屋内の水素濃度	○							
		原子炉格納容器内の酸素濃度	○							
		使用済燃料プールの監視	○							
		発電所内の通信連絡	○							
		温度・圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		圧力・水位・注水量の計測・監視	○							
		その他	○							
59	74	中央制御室換気系による居住性の確保	○		防止	{中央制御室} {中央制御室遮蔽} {中央制御室換気系}				○
		原子炉建屋ガス処理系による居住性の確保	○							
		原子炉建屋外側ブローアウトパネルの閉止による居住性の確保	○							
		中央制御室待避室による居住性の確保	○							
		可搬型照明(SA)による居住性の確保	○			中央制御室照明				
		酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計による居住性の確保	○							
		チェンシングエリアの設置及び運用による汚染の持ち込みの防止	○							
60	75	放射線量の測定	○		※3	モニタリング・ポスト 放射能観測車 気象観測設備				○
		放射能観測車の代替測定	○							
		気象観測設備の代替測定	○							
		放射線量の測定	○							
		放射性物質濃度(空気中・水中・土壌中)及び漏えいモニタリング	○							
		緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備による放射線防護	○							
		緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度の測定	○							
61	76	放射線量の測定	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)} {安全パラメータ表示システム(SPDS)}				○
		必要な情報の把握	○							
		通信連絡	○							
		緊急時対策所用代替電源設備による給電	○							
62	77	発電所内の通信連絡	○		防止	{安全パラメータ表示システム(SPDS)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機、PHS端末及びFAX)} {送受話器(ベージング)、電力保安通信用電話設備(固定電話機及びPHS端末)}				○
		発電所外(社内外)の通信連絡	○							

内部溢水用 SA設備評価シート

評価種別:	地震随伴
発生区画:	—
溢水源:	—
溢水量(m3):	—

総合判定	○
------	---

条文 (EP)	条文 (CP)	対象施設(設備)	個別機能 維持判定	条文 判定	分類	設計基準事故対応設備			方針 I/II/III 判定
						対応する設計基準事故対応設備	個別機能 維持判定	確信性の 有無等	
43	54	アクセスルート確保	○	○	※3	—			
44	59	代替制御棒挿入機能による制御棒緊急挿入	○	○	防止	原子炉緊急停止系			○
		再循環ポンプ停止による原子炉出力抑制	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット			
		ほう酸水注入系	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
45	60	自動減圧系の起動阻止スイッチによる原子炉出力急上昇防止	○	○	防止	高圧炉心スプレイス			○
		高圧代替注水系による原子炉注水	○			原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉隔離時冷却系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			高圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
46	61	ほう酸水注入系による原子炉注水(ほう酸水注入)	○	○	防止	原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			○
		原子炉冷却材圧力カバウンダリの圧力上昇抑制	○			(逃がし安全弁) (主蒸気系配管・逃がし安全弁排気管・クエンチャ) (主蒸気系逃がし安全弁) (スクラムレータ)			
		逃がし安全弁	○			(スクラムレータ) 主蒸気系逃がし安全弁排気管			
		原子炉減圧の自動化	○			自動減圧系			
		可搬型代替直流電源設備による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系、HPCS系			
		逃がし安全弁用可搬型蓄電池による逃がし安全弁機能回復	○			125V系蓄電池A系、B系 (スクラムレータ) (スクラムレータ)			
47	62	非常用緊急供給系による緊急確保	○	○	防止	(高圧炉心スプレイス系注入弁) (原子炉隔離時冷却系原子炉注水弁) (低圧炉心スプレイス系注入弁) (残留熱除去系A、B、C系注入弁)			○
		非常用逃がし安全弁駆動系による原子炉減圧	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		インターフェイスシステムLOCA隔離弁	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		低圧代替注水系(常設)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
48	63	低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水 (残存溶融炉心の冷却を兼ねる)	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			○
		代替循環冷却系による残存溶融炉心の冷却	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)、海			
		低圧炉心スプレイス系による原子炉注水	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (原子炉格納容器)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
		非常用取水設備	○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
49	64	格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	防止	残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			○
		耐圧強化ベント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)による原子炉除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系) (サブプレッション・チェンバ)			
		残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)によるサブプレッション・プール水の除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (原子炉格納容器)			
		残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系)による格納容器内の除熱	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)			
		緊急用海水系	○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
50	65	代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○	○	緩和	(貯留庫)、取水路、取水ピット (原子炉格納容器)			○
		格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器下部注水系(常設)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残留熱除去系(格納容器スプレイス冷却系) (残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)) (原子炉格納容器)			
		格納容器下部注水系(可搬型)によるベドスタル(ドライウェル部)への注水	○			残留熱除去系(サブプレッション・チェンバ)			
		高圧炉心スプレイス	○			高圧炉心スプレイス 原子炉隔離時冷却系 (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			
		原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)	○			原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水圧制御ユニット (原子炉圧力容器)			
51	66	溶融炉心の落下遅延及び防止	○	○	緩和	残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器) (サブプレッション・チェンバ)			○
			○			残留熱除去系(低圧注水系) 低圧炉心スプレイス (原子炉圧力容器)			
			○			(サブプレッション・チェンバ)、海			
			○			残留熱除去系海水系 (残留熱除去系海水系)			
			○			(貯留庫)、取水路、取水ピット			
			○			(原子炉格納容器)			
52	67	不活性ガス系による原子炉格納容器内の不活性化	○	○	緩和	—			○
		可搬型緊急供給装置による原子炉格納容器内の不活性化	○			(サブプレッション・チェンバ)			
		格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)による 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度監視	○			主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の格チャンネル 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)			
53	68	原子炉揮発ガス処理系による水素排出	○	○	緩和	—			○
		静電凝集水素再結合器による水素濃度抑制	○			—			
		原子炉揮発内の水素濃度監視設備	○			—			
		可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (注水ライン)を使用した使用済燃料プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(注水ライン)を使用した使用済燃料 プール注水	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
54	69	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○	○	防止	残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			○
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した 使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) (サブプレッション・チェンバ)			
		可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(可搬型スプレイズル)を使用し た使用済燃料プール注水及びスプレイ	○			残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却及び補給) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール)			
			○			—			

案文 (EP)	案文 (CP)	重大事故等対応設備		設計基準事故対応設備		権復性 の有無等 判定	方針 I/II/III 判定
		対象施設(設備)	個別機能 維持判定	分類	対応する設計基準事故対応設備		
		大気への放射性物質の拡散抑制	○		(サブプレッション・チェンバ)		
		代替燃料プール冷却系による使用済燃料プール冷却	○		残留熱除去系(使用済燃料プール水の冷却) 燃料プール冷却浄化系 (使用済燃料プール) 残留熱除去系海水系 取水路 取水ピット 使用済燃料プール水位 燃料プール冷却浄化系ポンプ入口温度 使用済燃料プール温度 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉格納容器系燃料取扱床気ダクト放射線モニタ 原子炉格納容器系格納容器放射線モニタ		
		使用済燃料プールの監視	○				
55	70	大気への放射性物質の拡散抑制	○	緩和			○
		海洋への放射性物質の拡散抑制	○				
		航空機燃料火災への消火	○				
56	71	重大事故等収束のための水源	○	防止	取水路 取水ピット (サブプレッション・チェンバ) 原子炉緊急停止系 制御棒 制御棒駆動系水位制御ユニット (貯留庫) 取水路 取水ピット 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) 2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 非常用所内電気設備 125V系蓄電池A系・B系・HPCS系 (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料油タンク) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機～メタルクラッド閉鎖装置 電路) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ～非常用ディーゼル発電機 送路) 貯留庫タンク (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ) (2C・2D・HPCS非常用ディーゼル発電機燃料移送系配管・弁) (125V系蓄電池A, B, HPCS系) (中性子モニタ用蓄電池A, B系) (普通125V電線A, B, HPCS系直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (120/240V計装用主母線2A, 2B～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路) (125V系蓄電池A, B, HPCS系～直流125V主母線2A, 2B, HPCS 電路) (中性子モニタ用蓄電池A, B系～直流±24V中性子モニタ用分電盤2A, 2B 電路)		○
		水の供給	○				
		常設代替交流電源設備による給電	○				
		可搬型代替交流電源設備による給電	○				
		所内常設直流電源設備による給電	○				
		可搬型代替直流電源設備による給電	○				
		代替所内電気設備による給電	○				
57	72	非常用交流電源設備	○	防止			○
		非常用直流電源設備	○				
		燃料給油設備による給油	○				
		原子炉圧力容器内の温度	○		原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力(SA)の他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 原子炉心スレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スレイ系系統流量 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スレイ系ポンプ吐出圧力 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 サブプレッション・プール水位 格納容器下層水位 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 ドライウェル圧力 ドライウェル圧力雰囲気温度 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン機庫用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン機庫用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下層注水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 代替淡水貯槽水位 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位		○
		原子炉圧力容器内の圧力	○				
		原子炉圧力容器への注水量	○				
		原子炉格納容器内への注水量	○				
		原子炉格納容器内の温度	○				
		原子炉格納容器内の圧力	○				
		原子炉格納容器内の水位	○				
		原子炉格納容器内の水素濃度	○				
		原子炉格納容器内の放射線量	○				
58	73	未臨界の維持又は確認	○	防止	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 起動領域計装 主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 残留熱除去系熱交換器出口温度 代替循環冷却系原子炉注水流量 サブプレッション・プール水温度 ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ圧力 主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA) 主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度 残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系機庫) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉圧力容器温度 原子炉圧力 主要パラメータの他チャンネル ドライウェル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力		○
		最終ヒートシンクの確保 (代替循環冷却系)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (格納容器圧力逃がし装置)	○				
		最終ヒートシンクの確保(耐圧強化ベント)	○				
		最終ヒートシンクの確保 (残留熱除去系)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉圧力容器内の状態)	○				
		格納容器バイパスの監視 (原子炉格納容器内の状態)	○				

2.6 消火活動に伴う溢水について

2.6.1 概要

評価ガイドを踏まえ、発電所内で生じる異常状態（火災を含む。）の拡大防止のために設置される系統からの放水による溢水（以下「消火水の放水による溢水」という。）を想定し、防護すべき設備に対する影響を評価した。

消火水の放水による溢水として、消火栓からの溢水と消火栓以外からの溢水を想定した。

(1) 消火栓からの放水による溢水

消火水の放水による溢水については、発電用原子炉施設内に設置される消火設備等からの放水を溢水源として設定し、消火設備からの単位時間当たりの放水量と放水時間から溢水量を設定する。

火災発生時には、1箇所の火災源を消火することを想定するため溢水源となる区画は1箇所となる。また、放水量は評価ガイドに従い放水時間を設定して算定する。

なお、消火活動により区画の扉を開放する場合は、開放した扉からの消火水の伝播を考慮する。

a. 放水時間及び放水区画の設定

消火栓からの消火活動における放水時間は、3時間に設定する。

なお、消火栓の放水に関して、中央制御室、電気品室及びバッテリー排気ファン室等の異なる安全区分を有する設備が隣接するエリア、それらのエリアへの流下経路があるエリア並びに緊急時対策所、緊急用海水ポンプピット、格納容器圧力容器逃がし装置格納槽、常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む）、常設低圧代替注水ポンプピット、西側可搬型設備用軽油タンク室、南側可搬型設備用軽油タンク室は、水消火を行わない消火手段を採用することで、消火栓の放水は行わない設計とするため、当該区画からの影響評価は実施しない。

これを踏まえ、消火水の放水を行う建屋は以下の通りであり、各建屋における消火水の放水による溢水発生区画を第2.6-1に示す。

- ・原子炉建屋原子炉棟
- ・原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟）
- ・原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟以外）
- ・タービン建屋
- ・海水ポンプ室
- ・復水貯蔵タンクエリア
- ・排気筒モニタ室

b. 溢水量の設定

屋内の消火栓からの溢水量の算出に用いる放水流量は、消防法施行令第十一条に規定される「屋内消火栓設備に関する基準」により、消火栓からの放水流量を130 L/min

補-2.6-1

とし、この値を2倍して溢水流量とした。放水時間と溢水流量から評価に用いる消火栓の溢水量を以下のとおりとした。

$$\cdot 130 \text{ L/min/個} \times 3 \text{ 時間} \times 2 \text{ 箇所} = 46.8 \text{ m}^3$$

屋外の消火栓からの溢水量の算出に用いる放水流量は、消防法施行令第十九条に規定される「屋外消火栓設備に関する基準」により、消火栓からの放水流量を350 L/minとし、この値を2倍して溢水流量とした。放水時間と溢水流量から評価に用いる消火栓の溢水量を以下のとおりとした。

$$\cdot 350 \text{ L/min/個} \times 3 \text{ 時間} \times 2 \text{ 箇所} = 126.0 \text{ m}^3$$

(2) 消火栓以外からの放水による溢水

消火栓以外の設備としては、スプリンクラや格納容器スプレイ冷却系があるが、防護すべき設備が設置されている建屋には、自動作動するスプリンクラは設置しない設計とし、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがない設計とすることから溢水源として想定しない。

また、格納容器スプレイ冷却系は、単一故障による誤作動が発生しないように設計上考慮されていることから誤作動による溢水は想定しない。なお、原子炉格納容器内の防護すべき設備については、格納容器スプレイ冷却系の作動により発生する溢水により安全機能を損なわない設計とする。

第2.6-1表 消火活動に伴う溢水の有無について (1/7)

区画番号 ^{※1}	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
RB-6-1	有	消火栓	46.8
RB-5-1	有	消火栓	46.8
RB-5-2	有	消火栓	46.8
RB-5-3	有	消火栓	46.8
(RB-5-4)	有	消火栓	46.8
(RB-5-5)	有	消火栓	46.8
RB-5-6	有	消火栓	46.8
(RB-5-7)	有	消火栓	46.8
(RB-5-8)	有	消火栓	46.8
(RB-5-9)	有	消火栓	46.8
(RB-5-10)	有	消火栓	46.8
(RB-5-11)	有	消火栓	46.8
(RB-5-12)	有	消火栓	46.8
(RB-5-13)	有	消火栓	46.8
RB-5-14	有	消火栓	46.8
(RB-5-15)	有	消火栓	46.8
RB-4-1	有	消火栓	46.8
RB-4-2	有	消火栓	46.8
RB-4-3	有	消火栓	46.8
(RB-4-4)	有	消火栓	46.8
(RB-4-5)	有	消火栓	46.8
RB-4-6	有	消火栓	46.8
(RB-4-7)	有	消火栓	46.8
(RB-4-8)	有	消火栓	46.8
RB-4-9	有	消火栓	46.8
(RB-4-10)	有	消火栓	46.8
(RB-4-11)	有	消火栓	46.8
(RB-4-12)	有	消火栓	46.8
(RB-4-13)	有	消火栓	46.8
(RB-4-14)	有	消火栓	46.8
(RB-4-15)	有	消火栓	46.8
(RB-4-16)	有	消火栓	46.8
(RB-4-17)	有	消火栓	46.8
(RB-4-18)	有	消火栓	46.8
RB-4-19	有	消火栓	46.8
(RB-4-20)	有	消火栓	46.8

※1 () 内は溢水防護対象設備を含まない区画
補-2.6-3

第2.6-1表 消火活動に伴う溢水の有無について (2/7)

区画番号※1	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
(RB-4-21)	有	消火栓	46.8
RB-4-22	有	消火栓	46.8
(RB-4-23)	有	消火栓	46.8
RB-3-1	有	消火栓	46.8
RB-3-2	有	消火栓	46.8
RB-3-3	有	消火栓	46.8
RB-3-4	有	消火栓	46.8
RB-3-5	有	消火栓	46.8
RB-3-6	有	消火栓	46.8
(RB-3-7)	有	消火栓	46.8
RB-3-8	有	消火栓	46.8
(RB-3-9)	有	消火栓	46.8
RB-2-1	有	消火栓	46.8
RB-2-2	有	消火栓	46.8
RB-2-3	有	消火栓	46.8
RB-2-4	有	消火栓	46.8
(RB-2-5)	有	消火栓	46.8
RB-2-6	有	消火栓	46.8
RB-2-7	有	消火栓	46.8
RB-2-8	有	消火栓	46.8
RB-2-9	有	消火栓	46.8
RB-2-10	有	消火栓	46.8
(RB-2-11)	有	消火栓	46.8
(RB-2-12)	有	消火栓	46.8
RB-1-1	有	消火栓	46.8
RB-1-2	有	消火栓	46.8
RB-1-3	有	消火栓	46.8
(RB-1-4)	有	消火栓	46.8
(RB-1-5)	有	消火栓	46.8
(RB-1-6)	有	消火栓	46.8
RB-1-7	有	消火栓	46.8
RB-B1-1	有	消火栓	46.8
RB-B1-2	有	消火栓	46.8
RB-B1-3	有	消火栓	46.8
RB-B1-4	有	消火栓	46.8
RB-B1-5	有	消火栓	46.8

※1 () 内は溢水防護対象設備を含まない区画
補-2.6-4

第2.6-1表 消火活動に伴う溢水の有無について (3/7)

区画番号 ^{※1}	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
(RB-B1-6)	有	消火栓	46.8
(RB-B1-7)	有	消火栓	46.8
RB-B1-8	有	消火栓	46.8
RB-B1-9	有	消火栓	46.8
RB-B2-1	有	消火栓	46.8
RB-B2-2	有	消火栓	46.8
RB-B2-3	有	消火栓	46.8
RB-B2-4	有	消火栓	46.8
RB-B2-5	有	消火栓	46.8
RB-B2-6	有	消火栓	46.8
RB-B2-7	有	消火栓	46.8
RB-B2-8	有	消火栓	46.8
RB-B2-9	有	消火栓	46.8
RB-B2-10	有	消火栓	46.8
(RB-B2-11)	有	消火栓	46.8
RB-B2-12	有	消火栓	46.8
RB-B2-13	有	消火栓	46.8
RB-B2-14	有	消火栓	46.8
RB-B2-15	有	消火栓	46.8
(RB-B2-16)	有	消火栓	46.8
RB-B2-17	有	消火栓	46.8
RB-B2-18	有	消火栓	46.8
RB-B2-19	有	消火栓	46.8
(TB-2-1)	有	消火栓	46.8
(TB-2-2)	有	消火栓	46.8
(TB-2-3)	有	消火栓	46.8
(TB-2-4)	有	消火栓	46.8
(TB-2-5)	有	消火栓	46.8
(TB-2-6)	無(固定式消火設備等)	—	—
(TB-2-7)	有	消火栓	46.8
(TB-2-8)	有	消火栓	46.8
(TB-2-9)	有	消火栓	46.8
(TB-2-10)	有	消火栓	46.8
(TB-2-11)	有	消火栓	46.8
(TB-2-12)	有	消火栓	46.8
(TB-2-13)	有	消火栓	46.8

※1 ()内は溢水防護対象設備を含まない区画
補-2.6-5

第2.6-1表 消火活動に伴う溢水の有無について (4/7)

区画番号※1	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
(TB-2-14)	有	消火栓	46.8
(TB-2-15)	有	消火栓	46.8
(TB-2-16)	無(固定式消火設備等)	—	—
TB-1-1	有	消火栓	46.8
TB-1-2	有	消火栓	46.8
(TB-1-3)	有	消火栓	46.8
TB-1-4	有	消火栓	46.8
(TB-1-5)	有	消火栓	46.8
TB-1-6	有	消火栓	46.8
(TB-1-7)	有	消火栓	46.8
TB-1-8	有	消火栓	46.8
(TB-1-9)	有	消火栓	46.8
(TB-1-10)	有	消火栓	46.8
(TB-1-11)	有	消火栓	46.8
TB-1-12	無(固定式消火設備等)	—	—
TB-1-13	有	消火栓	46.8
TB-1-14	有	消火栓	46.8
TB-1-15	有	消火栓	46.8
TB-1-16	有	消火栓	46.8
TB-1-17	有	消火栓	46.8
(TB-1-18)	有	消火栓	46.8
TB-1-19	有	消火栓	46.8
TB-1-20	有	消火栓	46.8
TB-1-21	有	消火栓	46.8
TB-B1-1	有	消火栓	46.8
(TB-B1-2)	有	消火栓	46.8
(TB-B1-3)	有	消火栓	46.8
(TB-B1-4)	有	消火栓	46.8
(TB-B1-5)	有	消火栓	46.8
TB-B1-6	有	消火栓	46.8
(TB-B2-1)	有	消火栓	46.8
(TB-B2-2)	有	消火栓	46.8
(TB-B2-3)	有	消火栓	46.8
(TB-B2-4)	有	消火栓	46.8
(TB-B2-5)	有	消火栓	46.8
CST-B1-1	有	消火栓	46.8

※1 () 内は溢水防護対象設備を含まない区画
補-2.6-6

第2.6-1表 消火活動に伴う溢水の有無について (5/7)

区画番号 ^{※1}	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
CST-B1-2	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-R-1	有	消火栓	46.8
CS-R-2	有	消火栓	126.0
CS-3-1	有	消火栓	46.8
CS-3-2	有	消火栓	46.8
CS-3-3	有	消火栓	46.8
CS-2-1	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-2-2	無(固定式消火設備等)	—	—
(CS-M2-1)	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-1-1	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-1-2	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-1-3	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-1-4	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-1-5	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-1-6	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-1-7	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-1-8	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-B1-1	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-B1-2	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-B1-3	有	消火栓	46.8
CS-B1-4	有	消火栓	46.8
CS-B1-5	有	消火栓	46.8
CS-B1-6	有	消火栓	46.8
CS-B1-7	有	消火栓	46.8
CS-B1-8	有	消火栓	46.8
CS-B2-1	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-B2-2	無(固定式消火設備等)	—	—
CS-B2-3	有	消火栓	46.8
CS-B2-4	有	消火栓	46.8
CS-B2-5	有	消火栓	46.8
(RW-4-1)	有	消火栓	46.8
(RW-4-2)	有	消火栓	46.8
(RW-4-3)	有	消火栓	46.8
(RW-4-4)	有	消火栓	46.8
(RW-3-1)	有	消火栓	46.8
(RW-3-2)	有	消火栓	46.8
RW-3-3	有	消火栓	46.8

※1 () 内は溢水防護対象設備を含まない区画
補-2.6-7

第2.6-1表 消火活動に伴う溢水の有無について (6/7)

区画番号 ^{※1}	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
(RW-3-4)	有	消火栓	46.8
(RW-3-5)	有	消火栓	46.8
RW-3-6	有	消火栓	46.8
(RW-2-1)	有	消火栓	46.8
(RW-2-2)	有	消火栓	46.8
RW-2-3	有	消火栓	46.8
RW-2-4	無(固定式消火設備等)	—	—
(RW-2-5)	有	消火栓	46.8
(RW-2-6)	有	消火栓	46.8
(RW-2-7)	有	消火栓	46.8
(RW-2-8)	有	消火栓	46.8
(RW-2-9)	有	消火栓	46.8
(RW-2-10)	有	消火栓	46.8
RW-2-11	有	消火栓	46.8
(RW-1-1)	無(固定式消火設備等)	—	—
(RW-1-2)	有	消火栓	46.8
RW-1-3	無(固定式消火設備等)	—	—
RW-1-4	有	消火栓	46.8
(RW-1-5)	有	消火栓	46.8
(RW-1-6)	有	消火栓	46.8
RW-1-7	無(固定式消火設備等)	—	—
(RW-MB1-1)	有	消火栓	46.8
(RW-MB1-2)	有	消火栓	46.8
(RW-MB1-3)	有	消火栓	46.8
(RW-B1-1)	有	消火栓	46.8
(RW-B1-2)	有	消火栓	46.8
(RW-B1-3)	有	消火栓	46.8
(RW-B1-4)	有	消火栓	46.8
(RW-B1-5)	有	消火栓	46.8
(RW-B1-6)	有	消火栓	46.8
RW-B1-7	有	消火栓	46.8
(RW-B1-8)	有	消火栓	46.8
(RW-B1-9)	有	消火栓	46.8
(RW-B1-10)	有	消火栓	46.8
(RW-B1-11)	有	消火栓	46.8
(RW-B1-12)	有	消火栓	46.8
屋外	有	消火栓	126.0

※1 ()内は溢水防護対象設備を含まない区画
補-2.6-8

第2.6-1表 消火活動に伴う溢水の有無について (7/7)

区画番号※1	消火活動に伴う溢水の有無	溢水源	溢水量(m ³)
SWP-1	有	消火栓	126.0
SWP-2	有	消火栓	126.0
(SWP-3)	有	消火栓	126.0
(SWP-4)	有	消火栓	126.0
(SWP-5)	有	消火栓	126.0
0-1	有	消火栓	126.0
0-2	有	消火栓	126.0
0-3	有	消火栓	126.0
緊急時対策所	無 (固定式消火設備, 消火器)	—	—
緊急用海水ポンプ ピット	無 (固定式消火設備, 消火器)	—	—
格納容器圧力逃がし 装置格納槽	無 (固定式消火設備, 消火器)	—	—
常設代替高圧電源 装置置場(カルバー ト, 立坑含む)	無 (固定式消火設備, 消火器)	—	—
常設低圧代替注水 ポンプピット	無 (固定式消火設備, 消火器)	—	—
西側可搬型設備用 軽油タンク室	無 (固定式消火設備, 消火器)	—	—
南側可搬型設備用 軽油タンク室	無 (固定式消火設備, 消火器)	—	—

※1 () 内は溢水防護対象設備を含まない区画
補-2.6-9

2.7 消火水の放水により生じる没水影響評価結果（設計基準対象施設）

本資料では、消火水の放水による没水影響評価に関して、「2.6 消火活動に伴う溢水の有無について」にて設定した溢水量及び「2.3 想定破損により生じる没水影響評価について」にて示した溢水の伝播挙動の評価手法により、算出した水位を用いた設計基準対象施設に対する評価結果を示す。

評価対象となる建屋は、溢水防護対象設備を内包する以下の建屋とする。

- ・原子炉建屋原子炉棟
- ・原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟）
- ・原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟以外）
- ・タービン建屋
- ・海水ポンプ室
- ・復水貯蔵タンクエリア
- ・排気筒モニタ室
- ・常設代替高圧電源装置置場（カルバート、立坑含む）

原子炉建屋原子炉棟，原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟），原子炉建屋附属棟（廃棄物処理棟除く），海水ポンプ室及び排気筒モニタ室における没水による溢水防護対象設備の機能喪失を踏まえたプラントの安全機能維持が確保されていることを確認した結果を第 2.7-1 表～第 2.7-5 表に示す。

なお，評価対象となる建屋のうち，タービン建屋内及び復水貯蔵タンクエリア内に設置されるすべての防護対象設備の機能喪失を想定した場合でも，代替する設備があり，また発生する溢水は他の区画へ伝播することはないため，プラントの安全機能維持は確保される。また，常設代替高圧電源装置置場（カルバート，立坑含む）については，水消火以外の消火手段を採用するため，消火水の放水による溢水は発生しないため，プラントの安全機能維持は確保される。

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (1/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
	* 1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 HCU (I) and HCU (II) } or SLC (A) and SLC (B) }	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C)) }	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C)) }	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)) }	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)		

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (2/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動遮がし機能			
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅲ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅲ系 (Ⅲ系)	Ⅰ・Ⅱ系 (Ⅰ・Ⅱ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 (HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 HPCS	機能維持 R1C or HPCS	機能維持 R1C or HPCS	SRV (Ⅰ・Ⅱ系)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能	監視機能				冷却機能	使用済燃料プール			
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給給水系 (CST)	事故時計装系	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (CST (A) or CST (B))	機能維持 (A系 (Ⅰ系) or A系 (Ⅱ系))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (3/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

* 1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動遮がし機能			
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RHC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ・Ⅱ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 (HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RHC or HPCS	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能	監視機能				使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS) 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B) 機能維持 PCIS and FRVS・SGTS and FCS	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (4/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能			
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)	Ⅲ系	Ⅰ系	Ⅲ系	Ⅰ・Ⅱ系	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 (HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 B系 (Ⅱ系)	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 HPCS	SRV (Ⅰ・Ⅱ系)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設									
	低溫停止機能	閉じ込め機能	監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS) 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)	—	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (PCIS (Ⅰ) or PCIS (Ⅱ)) or (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (5/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能			未臨界維持機能			高温停止機能				原子炉施設				
安全機能	○										原子炉隔離時注水機能	○	手動遮かし機能	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	ー (I系)	ー (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	ー (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	ー (III系)	ー (I系)	ー (I系)	ー (III系)	ー (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 SLC (A) and SLC (B)	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設												
	閉じ込め機能			監視機能			使用済燃料プール				中央制御室		
安全機能	○										給水機能	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機室 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機室 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	ー	ー	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (6/99)

評価種別：消火

溢水発生区画：

溢水源：消火水

溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能				
安全機能	○														
機能判定	○														
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	原子炉隔離時注水機能 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}		機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)		機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)		

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 FPC (A) or FPC (B)		機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HWAC (A) or MCR-HWAC (B)	

* I ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (7/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (8/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (9/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能					高温停止機能					原子炉隔離時注水機能	手動遮かし機能	
安全機能	未臨界維持機能												
機能判定	○										○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	原子炉隔離時注水機能 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能					使用済燃料プール					中央制御室	
安全機能	閉じ込め機能										給水機能	中央制御室換気機能
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* 1 ①：基本評価 (消火レーン開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火レーン開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (10/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (11/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)						

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (12/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (13/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)						

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (14/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 ADS (A) and HCU (I) and HCU (II) } or SLC (A) and SLC (B) }		機能維持 ADS (A) and RHR (A) or LPCS)		機能維持 HPCS and RHR (B) or RHR (C) }		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)		機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機	中央制御室換気機	中央制御室換気機	中央制御室換気機
系列 (安全区分)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 SRV (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HWAC (A) or MCR-HWAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (15/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	遮かし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持	

* 1 ①：基本評価 (消火レーン開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火レーン開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (16/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設													
	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分) 系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II) } or (SLC (A) and SLC (B))													
	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)				機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))				機能維持 (HPCS)		機能維持 (RCIC or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設															
	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール							
安全機能	○															
機能判定	○															
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室	中央制御室換気機能					
系列 (安全区分) 系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))				機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))				機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))				機能維持 (SRV (A) or RHR (B))			

* ①：基本評価 (消火ルートを扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルートを扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (17/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FGS (A) or FGS (B))	機能維持 (A or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (18/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	遮かし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)						

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)			
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

* 1 ①：基本評価 (消火レーント扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火レーント扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (19/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②
* 1	

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能			
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能	使用済燃料プール		給水機能	中央制御室			
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	* 2	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)

②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

* 2 RHR (A) (B) 系弁 (E12-F008) の電源盤が機能喪失した場合、低温停止機能における RHR (A) (B) 系 (停止時冷却モード) が機能喪失となるが、系統組合せにより低温停止機能としては機能維持となる。

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (20/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

* I

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
	系列 (安全区分)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (III系)	○ (I系)	○ (III系)	○ (I・II系)	○ (I系)	
系列の判定	○													
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))		機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 (HPCS)		機能維持 (RCIC or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能	○	
	系列 (安全区分)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)	○ (I系)
系列の判定	○													
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))		機能維持 (FCS (A) or FCS (B))		機能維持 (FPC (A) or FPC (B))		機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

* I ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (21/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (23/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	原子炉スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機室 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機室 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機室 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* I ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (24/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設																			
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動遮かし機能								
安全機能	○																			
機能判定	○																			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)				
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)				
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 HCU (I) and HCU (II) } or SLC (A) and SLC (B) }	機能維持 ADS (A) and RHR (A) or LPCS	機能維持 ADS (B) and RHR (B) or RHR (C) }	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設																			
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室								
安全機能	○																			
機能判定	○																			
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室							
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)							
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○							
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)											

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (25/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能					原子炉隔離時注水機能	手動遮かし機能		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	原子炉隔離時注水機能 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール			中央制御室			
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (26/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)}	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 RHR (B) or RHR (C)	機能維持 HPCS	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)				

* 1 ①：基本評価 (消火レーント扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火レーント扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (27/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)		機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)		

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能			
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)		
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)		機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 SRV (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (消火レーント扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火レーント扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (28/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	遮かし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}		機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}		機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}		機能維持 HPCS		機能維持 RC1C or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)		機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (30/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	遮かし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 ADS (A) and SLC (A) and SLC (B)		機能維持 ADS (A) and RHR (A) or LPCS		機能維持 ADS (B) and RHR (B) or RHR (C)		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 ADS (A) or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (31/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 HCU (I) and HCU (II) } or SLC (A) and SLC (B) }	機能維持 ADS (A) and RHR (A) or LPCS	機能維持 ADS (B) and RHR (B) or RHR (C) }	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (32/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設										
	未臨界維持機能					高温停止機能					
安全機能	緊急停止機能										
機能判定	○										
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時注水機能	手動遮かし機能
			○	○	○	○	○	○	○	○	○
系列 (安全区分) 系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II) } or SLC (A) and SLC (B) }	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	
			ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	

評価対象	原子炉施設									
	閉じ込め機能					使用済燃料プール				
安全機能	監視機能									
機能判定	○									
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	給水機能	中央制御室
系列 (安全区分) 系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B) 機能維持	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持	機能維持	機能維持

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (33/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)		機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)		機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)		機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (34/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	原子炉隔離時注水機能 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* 1 ①：基本評価 (消火ルータ扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルータ扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (36/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II) } or {SLC (A) and SLC (B) }	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C) }	機能維持 {RHR (B) or RHR (C) }	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (37/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	— (I系) ○	— (II系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	— (I系) ○	— (III系) ○	B系 (II系) ○	B系 (II系) ○	— (I系) ○	— (III系) ○	— (I・II系) ○	A系 (I系) ○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	— (I系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	— ○	A系 (I系) ○	B系 (II系) ○	A系 (I系) ○	B系 (II系) ○	A系 (I系) ○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (38/99)

評価種別：消火

溢水発生区画：

溢水源：消火水

溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②
* 1	

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	(I系)	(II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
	系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or RHR (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持	機能維持

* 1 ①：基本評価 (消火ルータ扉開放での評価)

②：詳細評価 (消火ルータ扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (39/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	
安全機能	○	○				○				○	○	
機能判定	○	○				○				○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	低圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ・Ⅱ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 (HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能				使用済燃料プール				中央制御室	
安全機能	○	○				○				○	
機能判定	○	○				○				○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給給水系 (CST)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS (Ⅰ) or PCIS (Ⅱ)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (40/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (41/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

* 1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)					

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (42/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	ー (I系)	ー (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	ー (I系)	ー (III系)	ー (III系)	ー (I系)	ー (I系)	ー (III系)	ー (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RC1C or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (43/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能		
安全機能	○	○				○				○	○		
機能判定	○	○				○				○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RHC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	×	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) and (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	使用済燃料プール		冷却機能	給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○		○	○		○	
機能判定	○	○	○	○		○	○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	×	×	×	○	○	×	○	×	×	×
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B))	機能維持 (A系 or B系)	FPC (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)

②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (44/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機	中央制御室換気機	中央制御室換気機	中央制御室換気機
系列 (安全区分)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HWAC (A) or MCR-HWAC (B)			

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (47/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②
* 1	

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
	系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)		機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)		機能維持	
	機能維持 2 区分以上													

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室		中央制御室換気機能		
	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)		B系 (II系)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	— (I系)	— (I系)	— (I系)	— (I系)	— (I系)	— (I系)	— (I系)	— (I系)	— (I系)		— (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	
	機能維持 PCIS and FRVS・SGTS and FCS													

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (49/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RC1C or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (50/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)							

* 1 ①：基本評価 (消火レーント扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火レーント扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (51/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持	機能維持

* I ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第2.7-1表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (52/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能			未臨界維持機能			高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動遮がし機能	
安全機能	○										○		
機能判定	○										○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II) } or (SLC (A) and SLC (B))										機能維持 (RCIC or HPCS)	SRV (I・II)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○										○	○
機能判定	○										○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS・SGTS)	機能維持 (FGS (A) or FGS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))		

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (53/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RC1C or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機室 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機室 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)		
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○		
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)					

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (54/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮がし機能		
安全機能	○												
機能判定													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)		
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPSC}	機能維持 ADS (A) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)						

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込み機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○												
機能判定													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能			
系列 (安全区分)	A系 (I系) *2	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	
系列の判定	*2	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)						

*1 ①：基本評価 (消火ルートを扉開放での評価)

②：詳細評価 (消火ルートを扉開放及び下階伝播での評価)

*2 RHR (A) (B) 系弁 (E12-F008) が機能喪失した場合、低温停止機能における RHR (A) (B) 系 (停止時冷却モード) が機能喪失となるが、系統組合せにより低温停止機能としては機能維持となる。

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (55/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動遮がし機能					
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃げし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	緊急停止機能	閉じ込め機能	監視機能	冷却機能	使用済燃料プール		給水機能	中央制御室		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS) 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)		
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○		
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)		

*1 ①：基本評価 (消火ルート展開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート展開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (56/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	— (III系) ○ (I系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (III系) ○ (I系)	— (I・II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)					

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)		
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	— (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	A系 (I系) ○ (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)	B系 (II系) ○ (III系)
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* I ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (57/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 { HCU (I) and HCU (II) } or { SLC (A) and SLC (B) }		機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}		機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C) }		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分) 系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (58/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)		機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能		中央制御室換気機能		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 ADS (A) or ADS (B)		機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 SRV (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HWAC (A) or MCR-HWAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (59/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RC1C or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (RC1C or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FGS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (60/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FGS (A) or FGS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (61/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)		
系列 (安全区分)	ー (I系)	ー (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	ー (I系)	ー (III系)	ー (III系)	ー (I系)	ー (III系)	ー (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RC1C or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)							

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機室 (MCR-HVAC)			
系列 (安全区分)	A系 (I系)	ー (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	ー	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (62/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能			未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動遮かし機能
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												
	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))												
	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))												
	機能維持 (HPCS)												
	機能維持 (RC1C or HPCS)												
	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))												

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能			監視機能				使用済燃料プール				中央制御室
安全機能	閉じ込め機能											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能		
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))											
	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))											
	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))											
	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))											
	機能維持 (A系 or B系)											
	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))											
	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))											
	機能維持 (MCR-HWAC (A) or MCR-HWAC (B))											

* I ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (63/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能				
安全機能	○														
機能判定	○														
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	原子炉隔離時注水機能 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (64/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}		ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持	機能維持 and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 R1C or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)		機能維持		
	2 区分以上												

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室 換気空調系 (MCR-HVAC)			
	系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	×	○	×	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (A) or RHR (B)	CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			
	PCIS and FRVS・SGTS and FCS											

*1 ①：基本評価 (消火ルータ扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルータ扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (65/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能				
安全機能	○														
機能判定	○														
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPSC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPSC))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or RHR (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))				

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (66/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RC1C or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火レーント扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火レーント扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (67/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RC1C or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* 1 ①：基本評価 (消火ルータ扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルータ扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (68/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)		機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)		機能維持

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 FPC (A) or FPC (B)		機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (69/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A or B 系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (70/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RC1C or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (71/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設											
	未臨界維持機能					高温停止機能						
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (I系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	×	×	○	×	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))											
安全機能の維持	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))					機能維持 (HPCS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))						
安全機能の維持	機能維持 (RCIC or HPCS)											
安全機能の維持	SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)											

評価対象	原子炉施設										
	閉じ込め機能					使用済燃料プール					
安全機能	○										
機能判定	○										
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室	中央制御室換気機能
	系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	—	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	×	×	○	×	○	○	○	○	○	×	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))					機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))					
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))										
安全機能の維持	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))										
安全機能の維持	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))										

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)

②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

* 2 RHR (B) 系弁 (E12-F053B) の電源盤が機能が喪失した場合、低温停止機能における RHR (B) 系 (停止時冷却モード) が機能が喪失となるが、系統組合せにより低温停止機能としては機能維持となる。

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (72/99)

評価種別：消火

溢水発生区画

溢水源：消火水

溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②
* I	

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能		
安全機能	○	○				○				○	○		
機能判定	○	○				○				○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPSCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	(I系)	(I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	(I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	(III系)	(I系)	(III系)	(I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II) }	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPSCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C) }	機能維持 HPCS	機能維持 HPCS	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C) }	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○				○	○	○
機能判定	○	○				○				○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室 換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	(I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	(I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* I ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)

②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (73/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

* 1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能
安全機能	○	○				○				○	○
機能判定	○	○				○				○	○
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	低圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ・Ⅱ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 (HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) and (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	中央制御室
安全機能	○	○				○				○	○
機能判定	○	○				○				○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (Ⅰ) or PCIS (Ⅱ)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 (FPC)	機能維持 (CST)	機能維持 (RHR)	機能維持 (CST)	機能維持 (RHR)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (74/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

* I

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス (LPCS)	高圧炉心スプレイス (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)					

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)			
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	×	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

* I ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (75/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○											
機能判定	○											○
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	ー (I系)	ー (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	ー (I系)	ー (III系)	ー (III系)	ー (I系)	ー (III系)	ー (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)					

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○											
機能判定	○											○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)		
	系列 (安全区分)	A系 (I系)	ー (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	ー	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)		

* 1 ①：基本評価 (消火レーント扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火レーント扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (76/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RC1C or HPCS)	機能維持 (RC1C or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機室 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機室 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FGS (A) or FGS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (77/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機	中央制御室換気機	中央制御室換気機	中央制御室換気機
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HWAC (A) or MCR-HWAC (B)			

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (78/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}		機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}		機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}		機能維持 HPCS		機能維持 RC1C or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 FPC (A) or FPC (B)		機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (79/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②
*1	

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設															
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能					
安全機能	○		○													
機能判定	○		○											○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HWAC (A) or MCR-HWAC (B)			

評価対象	原子炉施設																
	緊急停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室						
安全機能	○		○														
機能判定	○		○														
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HWAC (A) or MCR-HWAC (B)								

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (80/99)

評価種別：消火

溢水発生区画：

溢水源：消火水

溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②
*1	

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能		原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RHC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and LPCS)		機能維持 (RHR (A) or LPCS)		機能維持 (ADS (B) and RHR (B) or RHR (C))		機能維持 (HPCS)		機能維持 (RCIC or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室 換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室 換気機能	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系)	— (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	*2	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)

②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

*2 RHR (A) (B) 系弁 (E12-F009) の電源盤が機能喪失した場合、低温停止機能における RHR (A) 系 (停止時冷却モード) が機能喪失となるが、系統組合せにより低温停止機能としては機能維持となる。

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (81/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
	* 1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○				○				○	○				
機能判定	○	○				○				○	○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCHC)	原子炉隔離時注水機能	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ・Ⅱ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 (HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCHC or HPCS	機能維持	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低溫停止機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○		○		○		○	○
機能判定	○	○				○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (Ⅰ) or PCIS (Ⅱ)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 (FPC)	機能維持 (CST)	機能維持 (RHR)	機能維持 (RHR)	機能維持 (RHR)	機能維持 (CST)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (82/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}		機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}		機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)		機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (83/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)		機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)		機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HWAC (A) or MCR-HWAC (B)			

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (84/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)		機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)		機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 HPCS		機能維持 RCIC or HPCS		機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)		

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)		機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (85/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
* 1	

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	未臨界維持機能					高温停止機能							
安全機能	原子炉隔離時注水機能												
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
			A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)
系列 (安全区分) 系列の判定	— (I系)	— (I系)	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)											
		機能維持 HPCS											
											機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)		

評価対象	原子炉施設										
	閉じ込め機能					使用済燃料プール					
安全機能	監視機能										
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	非常用ガス処理系 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	給水機能	中央制御室
											中央制御室換気機能
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	中央制御室換気系 (MCR-HVAC)
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 SRV (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (86/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

* 1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (87/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RC1C or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (RC1C or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	×	○	○	×	○	○	○	○	○	×	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FGS (A) or FCS (B))	機能維持 (A or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (88/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

* 1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	未臨界維持機能					高温停止機能							
安全機能	原子炉隔離時注水機能												
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
	系列 (安全区分)	ー (I系)	ー (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	ー (I系)	B系 (II系)	ー (III系)	ー (I系)	ー (III系)	ー (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RC1C or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設									
	閉じ込め機能					使用済燃料プール				
安全機能	監視機能									
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室
	A系 (I系)	ー (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	ー	A系 (I系)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	ー (I系)	ー (II系)	B系 (II系)	B系 (II系)	B系 (II系)	B系 (II系)	B系 (II系)	ー	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (89/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機	中央制御室換気機	中央制御室換気機	中央制御室換気機
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HWAC (A) or MCR-HWAC (B)			

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (90/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	未臨界維持機能					高温停止機能							
安全機能	原子炉隔離時注水機能												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))												
安全機能の維持	機能維持 (ADS (I) and (II)) or (RHR (A) and (B)) or (LPCS (I) and (II)) or (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))												
安全機能の維持	機能維持 (HPCS (I) and (II)) or (R1C or HPCS)												
安全機能の維持	機能維持 (SRV (I) and (II)) or (ADS (A) or ADS (B))												

評価対象	原子炉施設									
	閉じ込め機能					使用済燃料プール				
安全機能	監視機能									
機能判定	○									
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	給水機能	中央制御室	中央制御室換気機能
系列 (安全区分) 系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))									
安全機能の維持	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))									
安全機能の維持	機能維持 (FRVS・SGTS (A) or (B))									
安全機能の維持	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))									
安全機能の維持	機能維持 (ADS (I) and (II))									
安全機能の維持	機能維持 (RHR (I) and (II))									
安全機能の維持	機能維持 (SRV (A) or RHR (B))									

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (91/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気調整系 (MCR-HVAC)	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* ①：基本評価 (消火レーント扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火レーント扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (92/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II) } or (SLC (A) and SLC (B))										機能維持 (RC1C or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設															
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室			
安全機能	○										○		○		○	
機能判定	○										○		○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)			
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)			
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○			
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))		機能維持 (A系 or B系)		機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))					

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (93/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (A) or LPCS}	機能維持 HPCS	機能維持 RC1C or HPCS	機能維持	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機	中央制御室換気機	中央制御室換気機	中央制御室換気機
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HWAC (A) or MCR-HWAC (B)			

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (94/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	原子炉隔離時注水機能 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FGS (A) or FCS (B))	機能維持 (A or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (95/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	×	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))		機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 (HPCS)		機能維持 (RCIC or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))		機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FGS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	×	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))		機能維持 (FCS (A) or FCS (B))		機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (96/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

* 1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能			未臨界維持機能				原子炉隔離時注水機能			手動遮がし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	遮がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) / B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)										機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS-SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS-SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系) / B系 (II系)	A系 (I系) / B系 (II系)	A系 (I系) / B系 (II系)	A系 (I系) / B系 (II系)	A系 (I系) / B系 (II系)	—	A系 (I系) / B系 (II系)	A系 (I系) / B系 (II系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)		機能維持 FCS (A) or FCS (B)		機能維持 PFC (A) or PFC (B)		機能維持 RHR (A) or RHR (B)		機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (97/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	原子炉隔離時注水機能 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	×	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 HCU (I) and HCU (II) } or SLC (A) and SLC (B) }	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C) }	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)							

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室 換気空調系 (MCR-HVAC)			
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-1 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋原子炉棟) (99/99)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能	
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (1/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②
* 1	

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能					
安全機能	○	○		○				○		○					
機能判定	○	○		○				○		○					
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or SLC (A) and SLC (B) }	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) and (C) }	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C) }	機能維持 (RHR (B) and (C) }	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 HPCS	機能維持 SRV (I・II系)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)	

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能		監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室		
安全機能	○	○		○		○		○		○		
機能判定	○	○		○		○		○		○		
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)		

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (2/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能		
安全機能	○	○				○				○	○		
機能判定	○	○				○				○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or SLC (A) and SLC (B) }	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)) }	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能				監視機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○		○		○	○
機能判定	○	○				○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (3/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能		
安全機能	○	○				○				○	○		
機能判定	○	○				○				○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or SLC (A) and SLC (B) }	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)) }	機能維持 (RHR (B) or RHR (C)) }	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)) }	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能		使用済燃料プール	給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○		○		○	○	○
機能判定	○	○				○		○		○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)		
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)		

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (4/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○			○			○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RHC)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 (RHC or HPCS)	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 (RHC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II系)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B)	機能維持 (ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能			監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○	○			○		○		○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (5/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○			○			○		○		
機能判定	○	○			○			○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 HCU (I) and HCU (II) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 HCU (I) and HCU (II) or SLC (A) and SLC (B)	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 HCU (I) and (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HCU (I) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○			○		○		○		○	○
機能判定	○	○			○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (6/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○			○			○		○		
機能判定	○	○			○			○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 HCU (A) and SLC (A) and SLC (B)	機能維持 HCU (I) and HCU (II) or SLC (A) and SLC (B)	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 HCU (A) or (RHR (A) or RHR (B) and (C))	ADS (B) or RHR (B) and (C)	機能維持 HCU (A) or RHR (B) and (C)	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)	機能維持 ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○			○		○		○		○	○
機能判定	○	○			○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	—	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (7/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能		
安全機能	○	○				○				○	○		
機能判定	○	○				○				○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or SLC (A) and SLC (B) }	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C)) }	機能維持 (RHR (B) or RHR (C)) }	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)) }	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能		使用済燃料プール	給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○		○		○	○	○
機能判定	○	○				○		○		○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (8/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能		
安全機能	○	○				○				○	○		
機能判定	○	○				○				○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) and (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 HPCS	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能		使用済燃料プール	給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○		○		○	○	○
機能判定	○	○				○		○		○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (9/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○			○			○		○		
機能判定	○	○			○			○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or SLC (A) and SLC (B) }	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)) }	機能維持 (RHR (B) or RHR (C)) }	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 HPCS	機能維持 (RHR (B) or RHR (C)) }	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○			○		○		○		○	○
機能判定	○	○			○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)					

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (10/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	
安全機能	○	○		○				○		○	
機能判定	○	○		○				○		○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○		○		○		○		○	○
機能判定	○	○		○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (A)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (11/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○			○			○		○		
機能判定	○	○			○			○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○			○		○		○		○	○
機能判定	○	○			○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (B)	機能維持 FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (12/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能	監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS) 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (13/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○				○				○	○				
機能判定	○	○				○				○	○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RHC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) and (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II系)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○				○				○	○	○	
機能判定	○	○				○				○	○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (14/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○		○				○		○		
機能判定	○	○		○				○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) and (C))	ADS (B) or RHR (B) and (C)	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)			

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○		○		○		○		○	○
機能判定	○	○		○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	—	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (15/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○			○			○		○		
機能判定	○	○			○			○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○			○		○		○		○	○
機能判定	○	○			○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (16/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○			○			○		○		
機能判定	○	○			○			○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○			○		○		○		○	○
機能判定	○	○			○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (A)	機能維持 RHR (B) or RHR (A)	CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (17/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	
安全機能	○	○		○				○		○	
機能判定	○	○		○				○		○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) and (C))	ADS (B) or RHR (C)	機能維持 (RHR (B) and (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○		○		○		○		○	
機能判定	○	○		○		○		○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (18/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○		○				○		○		
機能判定	○	○		○				○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) and (C))	ADS (B) or RHR (C)	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○		○		○		○		○	
機能判定	○	○		○		○		○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)

②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (19/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	
安全機能	○	○			○			○		○	
機能判定	○	○			○			○		○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		中央制御室
安全機能	○	○			○		○		○		○
機能判定	○	○			○		○		○		○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (20/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○				○				○	○				
機能判定	○	○				○				○	○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A)	機能維持 (RHR) and (LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○		○		○		○	○
機能判定	○	○				○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (21/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	
安全機能	○	○		○				○		○	
機能判定	○	○		○				○		○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RHC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RHC or HPCS	機能維持 RHC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○		○		○		○		○	○
機能判定	○	○		○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (22/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○			○			○		○		
機能判定	○	○			○			○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○			○		○		○		○	○
機能判定	○	○			○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (23/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	
安全機能	○	○			○			○		○	
機能判定	○	○			○			○		○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能
安全機能	○	○			○		○		○		○
機能判定	○	○			○		○		○		○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (24/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○			○			○		○		
機能判定	○	○			○			○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) and (C))	ADS (B) or RHR (C)	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)			

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○			○		○		○		○	○
機能判定	○	○			○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (25/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	
安全機能	○	○			○			○		○	
機能判定	○	○			○			○		○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能
安全機能	○	○			○		○		○		○
機能判定	○	○			○		○		○		○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (26/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○			○			○		○		
機能判定	○	○			○			○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○			○		○		○		○	○
機能判定	○	○			○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (27/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能		
安全機能	○	○				○				○	○		
機能判定	○	○				○				○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	中央制御室	
安全機能	○	○				○				○	○	
機能判定	○	○				○				○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	給水機能	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 SRV (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (29/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○		○				○		○		
機能判定	○	○		○				○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 HCU (I) and HCU (II) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 HCU (I) and HCU (II) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 HCU (A) or (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HCU (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○		○		○		○		○	○
機能判定	○	○		○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (30/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
	* 1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	
安全機能	○	○				○				○	○	
機能判定	○	○				○				○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○				○	○	○
機能判定	○	○				○				○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or RHR (B)	機能維持 FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (31/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	
安全機能	○	○		○				○		○	
機能判定	○	○		○				○		○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○		○		○		○		○	○
機能判定	○	○		○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (32/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○			○			○		○		
機能判定	○	○			○			○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 HCU (I) and HCU (II) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 HCU (I) and HCU (II) or SLC (A) and SLC (B)	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 HCU (A) or (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HCU (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)	

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○			○		○		○		○	○
機能判定	○	○			○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)		

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (33/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○				○				○	○				
機能判定	○	○				○				○	○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A)	機能維持 (RHR (A) and LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) and (C))	ADS (B) or RHR (C)	機能維持 (RHR (B) and (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○		○		○		○	○
機能判定	○	○				○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 (FPC (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (34/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
	* 1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設														
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○				○				○	○				
機能判定	○	○				○				○	○				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A)	機能維持 (RHR) and (LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	

評価対象	原子炉施設												
	低溫停止機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○		○		○		○	○
機能判定	○	○				○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (35/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	
安全機能	○	○		○				○		○	
機能判定	○	○		○				○		○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RHC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (I・II系)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○		○		○		○		○	
機能判定	○	○		○		○		○		○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (36/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能		
安全機能	○	○				○				○	○		
機能判定	○	○				○				○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低溫停止機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○		○		○		○	○
機能判定	○	○				○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (37/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○		○				○		○		
機能判定	○	○		○				○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系) B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (RHR) and (LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) and (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○		○		○		○		○	○
機能判定	○	○		○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	—	A系 (I系) B系 (II系)	A系 (I系) B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (38/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
	* 1

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	
安全機能	○	○				○				○	○	
機能判定	○	○				○				○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) and (RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	中央制御室
安全機能	○	○				○				○	○
機能判定	○	○				○				○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-2 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟)) (39/39)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能			高温停止機能			原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○			○			○		○		
機能判定	○	○			○			○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	水圧制御ユニット (HCU)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	— (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) or RHR (C))	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能			監視機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○			○		○		○		○
機能判定	○	○			○		○		○		○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-3 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (1/12)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能		
安全機能	○	○		○				○		○		
機能判定	○	○		○				○		○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) and (C))	ADS (B) or RHR (B) and (C) }	機能維持 (RHR (B) and (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○		○		○		○		○	○
機能判定	○	○		○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-3 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (2/12)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能			
安全機能	○	○				○				○	○			
機能判定	○	○				○				○	○			
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (I系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	閉じ込め機能				監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○		○		○		○	○
機能判定	○	○				○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (A)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)					

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-3 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (3/12)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	
安全機能	○	○				○				○	○	
機能判定	○	○				○				○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RHC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	C系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RHC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	中央制御室
安全機能	○	○				○				○	○
機能判定	○	○				○				○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (B) or RHR (C)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-3 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (4/12)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能		
安全機能	○	○				○				○	○		
機能判定	○	○				○				○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 HPCS	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A)	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A)	機能維持 ADS (A)	機能維持 ADS (B)

評価対象	原子炉施設												
	低溫停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	給水機能	中央制御室	
安全機能	○	○				○				○	○	○	
機能判定	○	○				○				○	○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	事故時計装系	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 (A系 or B系)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)				

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-3 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (5/12)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動遮かし機能		
安全機能	○										○	○		
機能判定	○										○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))		機能維持 (LPCS)		機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))		機能維持 (HPCS)		機能維持 (RC1C or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○										○	○	○
機能判定	○										○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能		中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))		機能維持 (FCS (A) or FCS (B))		機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))		

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-3 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (6/12)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	— (I系) ○	— (II系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	— (I系) ○	B系 (II系) ○	B系 (II系) ○	— (III系) ○	— (I系) ○	— (III系) ○	— (I・II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	— (I系) ○ — (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	— ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○	A系 (I系) ○ B系 (II系) ○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)			

* I ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-3 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (7/12)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動遮かし機能		
安全機能	○	○				○				○	○		
機能判定	○	○				○				○	○		
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	ー (I系)	ー (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	ー (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	ー (III系)	ー (I系)	ー (III系)	ー (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))		ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 (I・II系)	機能維持 (I・II系)	SRV (I・II系)	機能維持 (A系 or ADS (B))

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能	閉じ込め機能	監視機能	使用済燃料プール		冷却機能	給水機能		中央制御室		
安全機能	○	○	○	○		○	○		○		
機能判定	○	○	○	○		○	○		○		
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	ー (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	ー	A系 (I系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A系 or B系)	FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (A系 (I系) or B系 (II系))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))

* I ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-3 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (8/12)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設																						
	緊急停止機能		未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動遮かし機能											
安全機能	○		○																				
機能判定	○		○																				
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	原子炉隔離時注水機能 (HPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)								
系列 (安全区分)	ー (I系)	ー (II系)	ー (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	ー (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	ー (III系)	ー (I系)	ー (III系)	ー (I・II系)	A系 (I系)	B系 (II系)								
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	機能維持 (RCIC or HPCS)	機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))							

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室	
安全機能	○		○		○		○		○		○	○	
機能判定	○		○		○		○		○		○	○	
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能 (MCR-HVAC)	中央制御室	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	ー (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	機能維持 (中央制御室)	機能維持 (中央制御室)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-3 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (9/12)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	②

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分) 系列の判定	— (I系) ○	— (II系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	— (I系) ○	— (III系) ○	B系 (II系) ○	B系 (II系) ○	— (I系) ○	— (III系) ○	— (I・II系) ○	A系 (I系) ○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)} or {SLC (A) and SLC (B)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)						

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能	中央制御室換気機能
系列 (安全区分) 系列の判定	A系 (I系) ○	B系 (II系) ○	— (I系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	A系 (I系) ○	B系 (II系) ○	— (I系) ○	A系 (I系) ○	B系 (II系) ○	A系 (I系) ○	B系 (II系) ○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 PCIS (I) or PCIS (II)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HWAC (A) or MCR-HWAC (B)			

* 1 ①：基本評価 (消火レーント扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火レーント扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-3 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (10/12)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 {HCU (I) and HCU (II)}	機能維持 ADS (A) and {RHR (A) or LPCS}	機能維持 ADS (B) and {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 {RHR (B) or RHR (C)}	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○											
機能判定	○											
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計表系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機能	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持	

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-3 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (11/12)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設												
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能		
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	残留熱除去系 (RHR)	自動減圧系 (ADS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	速がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))	機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (LPCS)	機能維持 (HPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (ADS (B) and (RHR (A) or LPCS))	機能維持 (RCLC or HPCS)	機能維持 (RCLC or HPCS)	SRV (I・II)	機能維持 (ADS (A) or ADS (B))

評価対象	原子炉施設												
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○												
機能判定	○												
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	— (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B))	機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))	機能維持 (FCS (A) or FCS (B))	機能維持 (A or B系)	機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))	機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))			

* ①：基本評価 (消火ルータ扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルータ扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-3 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (原子炉建屋付属棟 (廃棄物処理棟除く)) (12/12)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①
	* 1

備考

評価対象	原子炉施設													
	緊急停止機能		未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動遮かし機能			
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R/C)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	遮かし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)	
系列 (安全区分)	— (I系)	— (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (HCU (I) and HCU (II))		機能維持 (ADS (A) and (RHR (A) or LPCS))		機能維持 (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 (ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C)))		機能維持 (HPCS)		機能維持 (RCIC or HPCS)		機能維持 (SRV (I・II) or ADS (A) or ADS (B))	

評価対象	原子炉施設													
	低温停止機能		閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能		中央制御室	
安全機能	○													
機能判定	○													
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	隔離弁機能 (PCIS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室	中央制御室換気機 (MCR-HVAC)	中央制御室	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 (RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (PCIS (I) or PCIS (II))		機能維持 (FCS (A) or FCS (B))		機能維持 (RHR (B) or RHR (C))		機能維持 (FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (CST or RHR (A) or RHR (B))		機能維持 (MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B))	

* 1 ①：基本評価 (消火ルータ扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルータ扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-4 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (海水ポンプ室) (1/5)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：126.0 (m³)

総合判定	○
評価方法	*1

備考

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	
安全機能	○	○		○				○		○	
機能判定	○	○		○				○		○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイス系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイス系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or (SLC (A) and SLC (B))	機能維持 (RHR) and (RHR (A) and LPCS)	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 SRV (I・II)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低温停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○		○		○		○		○	○
機能判定	○	○		○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-4 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (海水ポンプ室) (2/5)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：126.0 (m³)

総合判定	○
評価方法	-
* 1	

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	
安全機能	○	○				○				○	○	
機能判定	○	○				○				○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	低圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RHC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅲ系)	Ⅰ・Ⅱ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 (HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RHC or HPCS	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	中央制御室
安全機能	○	○				○				○	○
機能判定	○	○				○				○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (Ⅰ) or PCIS (Ⅱ)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-4 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (海水ポンプ室) (3/5)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：126.0 (m³)

総合判定	○
評価方法	-
*1	

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能			
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (R1C)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	B系 (Ⅱ系)	Ⅲ系	Ⅰ系	Ⅲ系	Ⅰ・Ⅱ系	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 (HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) and (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 R1C or HPCS	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能	監視機能				使用済燃料プール		給水機能		中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS) 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B) 機能維持 PCIS and FRVS・SGTS and FCS	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第2.7-4表 消火による没水影響評価結果まとめ (海水ポンプ室) (4/5)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：126.0 (m³)

総合判定	○
評価方法	-
*1	

備考	
----	--

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未疆界維持機能	高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能				
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	— (III系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 (HCU (I) and HCU (II)) or SLC (A) and SLC (B))	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持	機能維持 SRV (I・II) or ADS (A)	機能維持	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設									
	低溫停止機能	閉じ込め機能	監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
機能判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS) 非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給給水系 (CST)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B) 機能維持 PCIS and FRVS・SGTS and FCS	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) or RHR (C))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-4 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (排気筒モニタ室) (1/3)

評価種別：消火
 溢水発生区画
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設										
	緊急停止機能	未臨界維持機能		高温停止機能				原子炉隔離時注水機能		手動逃がし機能	
安全機能	○	○		○				○		○	
機能判定	○	○		○				○		○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCLC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	— (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	— (I系)	B系 (II系)	B系 (II系)	— (III系)	— (I系)	— (III系)	— (I・II系)	A系 (I系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (I) and HCU (II)	機能維持 HCU (I) and HCU (II) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (A) or RHR (B) and (C))	機能維持 ADS (B) or RHR (C)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	機能維持 RCLC or HPCS	SRV (I・II)	機能維持 ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能		監視機能		冷却機能		使用済燃料プール		給水機能	中央制御室
安全機能	○	○		○		○		○		○	○
機能判定	○	○		○		○		○		○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度抑制系 (FCS)	事故時計装系	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	
系列 (安全区分)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	A系 (I系)	A系 (I系)	A系 (I系)	B系 (II系)	—	A系 (I系)	A系 (I系)	
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS・SGTS (A) or FRVS・SGTS (B)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 A系 or B系	機能維持 FPC (A) or RHR (B)	機能維持 (RHR (B) or RHR (A) or RHR (B))	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-4 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (排気筒モニタ室) (2/3)

評価種別：消火
 溢水発生区画
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	
安全機能	○	○				○				○	○	
機能判定	○	○				○				○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RCIC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ・Ⅱ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 (HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 (RHR (A) or LPCS)	機能維持 (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	機能維持 RCIC or HPCS	SRV (Ⅰ・Ⅱ系)	機能維持 or ADS (A) or ADS (B)

評価対象	原子炉施設										
	低溫停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	中央制御室
安全機能	○	○				○				○	○
機能判定	○	○				○				○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給水系 (CST)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 PCIS (Ⅰ) or PCIS (Ⅱ)	機能維持 PCIS (Ⅰ) or PCIS (Ⅱ)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

* 1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)

第 2.7-4 表 消火水による没水影響評価結果まとめ (排気筒モニタ室) (3/3)

評価種別：消火
 溢水発生区画：
 溢水源：消火水
 溢水量：46.8 (m³)

総合判定	○
評価方法	①

備考

評価対象	原子炉施設											
	緊急停止機能	未臨界維持機能				高温停止機能				原子炉隔離時注水機能	手動逃がし機能	
安全機能	○	○				○				○	○	
機能判定	○	○				○				○	○	
主たる系統	水圧制御ユニット (HCU)	水圧制御ユニット (HCU)	ほう酸水注入系 (SLC)	自動減圧系 (ADS)	残留熱除去系 (RHR)	低圧炉心スプレイ系 (LPCS)	残留熱除去系 (RHR)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	原子炉隔離時冷却系 (RHC)	高圧炉心スプレイ系 (HPCS)	逃がし安全弁 (SRV)	自動減圧系 (ADS)
系列 (安全区分)	Ⅰ系	Ⅰ系	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ系 (Ⅰ系)	Ⅰ・Ⅱ系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ)	機能維持 HCU (Ⅰ) and HCU (Ⅱ) or SLC (A) and SLC (B)	機能維持 ADS (A) and (RHR (A) or LPCS)	機能維持 ADS (A) and (RHR (B) or LPCS)	機能維持 ADS (B) and (RHR (B) or RHR (C))	機能維持 HPCS	機能維持 RHC or HPCS	機能維持 SRV (Ⅰ・Ⅱ) or ADS (A) or ADS (B)	機能維持	機能維持	機能維持	機能維持

評価対象	原子炉施設											
	低溫停止機能	閉じ込め機能				監視機能				使用済燃料プール	給水機能	中央制御室
安全機能	○	○				○				○	○	○
機能判定	○	○				○				○	○	○
主たる系統	残留熱除去系 (RHR)	非常用ガス処理系 (FRVS・SGTS)	非常用ガス再循環系 (FRVS・SGTS)	可燃性ガス濃度制御系 (FCS)	燃料プール冷却浄化系 (FPC)	燃料プール補給給水系 (CST)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	燃料プール補給給水系 (CST)	残留熱除去系 (RHR)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)	中央制御室換気空調系 (MCR-HVAC)
系列 (安全区分)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)	A系 (Ⅰ系)
系列の判定	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○	○
安全機能の維持	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 FRVS-SGTS (A) or FRVS-SGTS (B)	機能維持 PCIS (Ⅰ) or PCIS (Ⅱ)	機能維持 FCS (A) or FCS (B)	機能維持 FPC (A) or FPC (B) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 CST or RHR (A) or RHR (B)	機能維持 RHR (A) or RHR (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)	機能維持 MCR-HVAC (A) or MCR-HVAC (B)

*1 ①：基本評価 (消火ルート扉開放での評価)
 ②：詳細評価 (消火ルート扉開放及び下階伝播での評価)