東海第二発電所	工事計画審査資料
資料番号	工認-406 改 0
提出年月日	平成 30 年 5 月 23 日

日本原子力発電株式会社 東海第二発電所 工事計画審査資料 原子炉格納施設のうち 圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備 (代替循環冷却系)

(本文)

原子炉格納施設

- 3. 圧力低減設備その他の安全設備
 - (6) 原子炉格納容器安全設備
 - (6.7) 代替循環冷却系
 - 口 熱交換器
 - 常設
 - a. 残留熱除去系熱交換器
 - ハポンプ
 - 常設
 - a. 代替循環冷却系ポンプ
 - ト ろ過装置
 - 常設
 - a. 残留熱除去系ストレーナ
 - チ 安全弁及び逃がし弁
 - 常設
 - ヌ 主配管
 - 常設

(6.5) 代替循環冷却系

ロ 熱交換器の名称,種類,容量,最高使用圧力(管側及び胴側の別に記載すること。),最高使用温度(管側及び胴側の別に記載すること。),伝熱面積,主要寸法,材料,個数及び取付 箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)

以下の設備は、既存の原子炉冷却系統施設のうち残留熱除去設備(残留熱除去系)であり、圧力 低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替循環冷却系)として本工事計画で兼用 とする。

• 常設

残留熱除去系熱交換器

ハ ポンプの名称,種類,容量,揚程又は吐出圧力,最高使用圧力,最高使用温度,主要寸法, 材料,個数及び取付箇所並びに原動機の種類,出力,個数及び取付箇所(常設及び可搬型の 別に記載すること。)

以下の設備は、原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備(代替循環 冷却系)であり、圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替循環冷却系)と して本工事計画で兼用とする。

常設

代替循環冷却系ポンプ

ト ろ過装置の名称,種類,容量,最高使用圧力,最高使用温度,主要寸法,材料,個数及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)

以下の設備は、既存の原子炉冷却系統施設のうち残留熱除去設備(残留熱除去系)であり、圧力 低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替循環冷却系)として本工事計画で兼用 とする。

• 常設

残留熱除去系ストレーナA,B

チ 安全弁及び逃がし弁の名称,種類,吹出圧力,吹出量,主要寸法,材料,駆動方法,個数 及び取付箇所(常設及び可搬型の別に記載すること。)

以下の設備は、既存の原子炉冷却系統施設のうち残留熱除去設備(残留熱除去系)であり、圧力 低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替循環冷却系)として本工事計画で兼用 とする。

• 常設

E12-F025A, B

ヌ 主配管(スプレイヘッダを含む。)の名称、最高使用圧力、最高使用温度、外径、厚さ及び材料(常設及び可搬型の別に記載し、可搬型の場合は、個数及び取付箇所を付記すること。)

	材料	STPT410	STPT410	STPT410	STPT410	STPT410	STPT410	STPT410	STPT410	STPT410	STPT410	STPT410	STPT410	STPT410	STPT410
	だ (IIII)	7.1*1, *3	7.1*1, *3	8.2*1 /7.1*1	8.2*1	8, 2*1, *3	8, 2*1, *3	8, 2*1, *3	8.2^{*1} $/7.1^{*1}$	7.1*1, *3	7.1*1, *3	8. 2*1 /7. 1*1	8, 2*1, *3	8.2*1, *3	8, 2*1, *3
後	外 径*1 (mm)	165.2	165.2	216.3 /165.2	216.3	216.3	216.3	216.3	216.3 /165.2	165.2	165.2	216.3 /165.2	216.3	216.3	216.3
更	最高使用温度 (°C)	80*2		174^{*2}		80*2	80*2	174^{*2}	00 %	. 08	6.90	174.7	80*2	80*2	174*2
	最高使用压力 (MPa)	3, 45*2		3, 45*2		3, 45*2	0.86*2	0.86*2	С П 2	5, 40	6 3 1	3, 45	3, 45*2	0.86*2	0.86*2
変	名称	代替循環冷却系	代替格納容器スプレイ 配管 A 系分岐点	~ A 系統代替循環冷却系	ポンプ吐出管合流点	代替循環冷却系ニューニーの第一の大学		A 氷碗17音偏環行却氷 テスト配管合流点	代替循環冷却系	代替格納容器スプレイ 配管 B 系分岐点	~ B 系統代替循環冷却系	ポンプ吐出管合流点	代替循環冷却系ティントの第000分件を	/ < FELED 形分及序 ~ ~ ・ タタル井在画》 +117	5 米和17 曽俳珠行却米 テスト配管合流点
	林林							<u> </u>	张 华 和	· 米					
	な <u>車</u> (mm)														
前	外 径 (mm)														
更	最高使用温度 (°C)								l						
	最高使用压力 (MPa)														
変	務														
	农														
							*	替 循 電	民 宗 和	米					

注記 *1:公称値を示す。

^{*2:}重大事故等時における使用時の値を示す。

^{*3:}エルボにあっては、管と同等以上の厚さのものを選定。

以下の設備は、既存の原子炉冷却系統施設のうち残留熱除去設備(残留熱除去系)であり、圧力 低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替循環冷却系)として本工事計画で兼用 とする。

• 常設

残留熱除去系ストレーナ A~サプレッション・チェンバ 残留熱除去系ストレーナB~サプレッション・チェンバ サプレッション・チェンバ~弁 E12-F004A 弁 E12-F004A~残留熱除去系ポンプ A 吸込管合流点 残留熱除去系ポンプA吸込管合流点~残留熱除去系ポンプA サプレッション・チェンバ~弁 E12-F004B 弁 E12-F004B~残留熱除去系ポンプ B 吸込管合流点 残留熱除去系ポンプB吸込管合流点~残留熱除去系ポンプB 残留熱除去ポンプ A~残留熱除去系熱交換器 A バイパス管分岐点 残留熱除去系熱交換器Aバイパス管分岐点~残留熱除去系熱交換器A 残留熱除去ポンプB~残留熱除去系熱交換器Bバイパス管分岐点 残留熱除去系熱交換器Bバイパス管分岐点~残留熱除去系熱交換器B 残留熱除去系熱交換器 A~A 系統代替循環冷却系ポンプ吸込管分岐点 A 系統代替循環冷却系ポンプ吐出管合流点~A 系統ドライウェルスプレイ配管分岐点

A 系統ドライウェルスプレイ配管分岐点~A 系統テスト配管分岐点

A系統テスト配管分岐点~低圧代替注水系残留熱除去系配管 A系合流点

低圧代替注水系残留熱除去系配管 A 系合流点~A 系統原子炉注水管分岐点

A 系統原子炉注水管分岐点~格納容器スプレイヘッダ A (ドライウェル側)

残留熱除去系熱交換器 B~B系統代替循環冷却系ポンプ吸込管分岐点

B系統代替循環冷却系ポンプ吐出管合流点~B系統テスト配管分岐点

B系統テスト配管分岐点~B系統サプレッション・チェンバスプレイ配管分岐点

B 系統サプレッション・チェンバスプレイ配管分岐点〜低圧代替注水系残留熱除去系配管 B 系 合流点

低圧代替注水系残留熱除去系配管 B 系合流点~格納容器スプレイヘッダ B (ドライウェル側)

A 系統代替循環冷却系テスト配管合流点~サプレッション・チェンバ

B系統代替循環冷却系テスト配管合流点~サプレッション・チェンバ

A 系統代替循環冷却系原子炉注水配管合流点~弁 E12-F042A

B系統代替循環冷却系原子炉注水配管合流点~B系統原子炉停止時冷却系配管分岐点

B系統原子炉停止時冷却系配管分岐点~B系統低圧注水系配管分岐点

B系統低圧注水系配管分岐点~弁 E12-F042B

弁 E12-F042A~弁 E12-F041A

弁 E12-F041A~原子炉圧力容器

弁 E12-F042B~弁 E12-F041B

弁 E12-F041B~原子炉圧力容器

以下の設備は、原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備(代替循環 冷却系)であり、圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替循環冷却系)と して本工事計画で兼用とする。

常設

A 系統代替循環冷却系ポンプ吸込管分岐点~代替循環冷却系ポンプ A 代替循環冷却系ポンプ A~代替循環冷却系代替格納容器スプレイ配管 A 系分岐点 代替循環冷却系代替格納容器スプレイ配管 A 系分岐点~代替循環冷却系テスト配管 A 系分岐点 代替循環冷却系テスト配管 A 系分岐点~A 系統代替循環冷却系原子炉注水配管合流点 B 系統代替循環冷却系ポンプ吸込管分岐点~代替循環冷却系ポンプ B 代替循環冷却系ポンプ B~代替循環冷却系代替格納容器スプレイ配管 B 系分岐点 代替循環冷却系代替格納容器スプレイ配管 B 系分岐点 代替循環冷却系元スト配管 B 系分岐点~ 以下の設備は、既存の圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(格納容器スプレイヘッダ)であり、圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替循環冷却系)として本工事計画で兼用とする。

• 常設

格納容器スプレイヘッダ A (ドライウェル側) 格納容器スプレイヘッダ B (ドライウェル側) 以下の設備のうち管は、既存の原子炉格納容器(貫通部)であり、圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(代替循環冷却系)として本工事計画で兼用とする。

常設

原子炉格納容器配管貫通部 X-35 原子炉格納容器配管貫通部 X-32 原子炉格納容器配管貫通部 X-47 原子炉格納容器配管貫通部 X-48 原子炉格納容器配管貫通部 X-12A 原子炉格納容器配管貫通部 X-12B 原子炉格納容器配管貫通部 X-11A 原子炉格納容器配管貫通部 X-11A

表1 原子炉格納施設の主要設備リスト (19/49)

					変更前				変	更後		
部	r.				設計基準対象施設 *1	重大事故等外	対処設備 *1		設計基準	^生 対象施設 *1	重大事故等效	け処設備 *¹
	文帯で	系統名	機器区分	名 称	耐震 重要度 機器クラス 分類	設備分類	重大事故等機器クラス	名称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス
		代 替 格						原子炉格納容器配管貫通部 X-11A	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
		代替格納容器スプ	主配管		_			原子炉格納容器配管貫通部 X-11B	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
		レ						取水用5mホース	_	_	可搬/防止 可搬/緩和	SAクラス3
圧力低	原	イ冷却系						送水用5m, 10m, 50mホース	_	_	可搬/防止 可搬/緩和	SAクラス3
図減設備を	子炉格納		熱交換器		_			残留熱除去系熱交換器	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備		ポンプ		_			代替循環冷却系ポンプ	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
全設備	設備	代替循環冷却系	ろ過装置		_			残留熱除去系ストレーナA	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
		冷却系	ク <u></u> の表色					残留熱除去系ストレーナB	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
			安全弁及び逃がし弁		_			E12-F025A	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	_
			女工川及い地がし开		_				_	_	常設耐震/防止常設/緩和	_

表1 原子炉格納施設の主要設備リスト(20/49)

				変 更 前	内施設の主要設備	月リスト (20/4	19)	変	更 後		
司几				設計基準対象施設 *1	重大事故等	対処設備 *1		設計基準	推対象施設 *1	重大事故等文	対処設備 *1
設備区分		系 統 機器区分 名	名 称	耐震 重要度 分類	設備分類	重大事故等機器クラス	名 称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス
					,	•	代替循環冷却系代替格納容器 スプレイ配管A系分岐点 ~ A系統代替循環冷却系 ポンプ吐出管合流点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
							代替循環冷却系 テスト配管A系分岐点 〜 A系統代替循環冷却系 テスト配管合流点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
							代替循環冷却系代替格納容器 スプレイ配管B系分岐点 〜 B系統代替循環冷却系 ポンプ吐出管合流点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
圧力低減設備その他の安全記に 原子炉格網密器安全影備	えこうる内	代 替 循					代替循環冷却系 テスト配管B系分岐点 〜 B系統代替循環冷却系 テスト配管合流点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
の他の安全設備 という おおお おおお おおお おおお おおお おおお おおお おおお おお おお	そのないという	代 替 循 课 主配管 治 却 系		_			残留熱除去系ストレーナA ~ サプレッション・チェンバ	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
全設備	対						残留熱除去系ストレーナB ~ サプレッション・チェンバ	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
							サプレッション・チェンバ 〜 弁E12-F004A	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス 2
							弁E12-F004A 〜 残留熱除去系ポンプA吸込管 合流点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
							残留熱除去系ポンプA吸込管 合流点 〜 残留熱除去系ポンプA	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2

表1 原子炉格納施設の主要設備リスト (21/49)

					更前	施設の土安設佣) / ((21) T			更後		
=	÷π.			設計基	準対象施設 *1	重大事故等	対処設備 * ¹		設計基準	単対象施設 *¹	重大事故等來	対処設備 * ¹
	設 備 三 分	系 統 名 名	名 称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス	名 称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス
								サプレッション・チェンバ 〜 弁E12-F004B	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
								弁E12-F004B 〜 残留熱除去系ポンプB吸込管で流点	-	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
								残留熱除去系ポンプB吸込管で流点 〜 残留熱除去系ポンプB	-	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
上	原子							残留熱除去系ポンプA 〜 残留熱除去系熱交換器Aバイクス管分岐点		_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
圧力低減設備その他の	原子炉格納容器安全設備	代 替 循 完 主配管 治 却 系			_			残留熱除去系熱交換器Aバイクス管分岐点 〜 残留熱除去系熱交換器A	-	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
他の安全設備	全設備							残留熱除去系ポンプB 〜 残留熱除去系熱交換器Bバイルス管分岐点		_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
								残留熱除去系熱交換器Bバイス で分岐点 〜 残留熱除去系熱交換器B	· \$\ -	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
								残留熱除去系熱交換器A ~ A系統代替循環冷却系ポンプ 込管分岐点		_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
								A系統代替循環冷却系ポンプリ 出管合流点 ~ A系統ドライウェルスプレイ関 管分岐点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2

表1 原子炉格納施設の主要設備リスト (22/49)

							反1 原子炉格納 更 前	吧以少工安以师	7 / (22/ 4	9)	変	更後		
=	≑ π.					設計基準	準対象施設 *1	重大事故等	対処設備 *1		設計基準	対象施設 *1	重大事故等文	対処設備 *1
[]	設備区分	系統名	機器区分	名	称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス	名 称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス
										A系統ドライウェルスプレイ配管分岐点 〜 A系統テスト配管分岐点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
										A系統テスト配管分岐点 ~ 低圧代替注水系残留熱除去系配 管A系合流点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
										低圧代替注水系残留熱除去系配 管A系合流点 ~ A系統原子炉注水管分岐点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
上 圧 力	盾									A系統原子炉注水管分岐点 〜 格納容器スプレイヘッダA (ドライウェル側)	_	-	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
圧力低減設備その	原子炉格納容器安全設備	代替循環冷却系	主配管				_			残留熱除去系熱交換器B 〜 B系統代替循環冷却系ポンプ吸 込管分岐点		_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
他の安全設備	命安全設備	伊却系								B系統代替循環冷却系ポンプ吸 込管分岐点 〜 B系統テスト配管分岐点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
										B系統テスト配管分岐点 ~ B系統サプレッション・チェンバ スプレイ配管分岐点	-	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
										B系統サプレッション・チェンバスプレイ配管分岐点 〜 低圧代替注水系残留熱除去系配管B系合流点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
										低圧代替注水系残留熱除去系配管B系合流点~ 格納容器スプレイヘッダB (ドライウェル側)	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2

表1 原子炉格納施設の主要設備リスト (23/49)

							1 原子炉格納加更 前	施設の主要設備	iリスト(23/√	19) 	変り	 更 後		
							準対象施設 *1	重大事故等	対処設備 *1			対象施設 *1	重大事故等対	 対処設備 * ¹
1	設備区分	系統名	機器区分	名	称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス	名 称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス
										A系統代替循環冷却系テスト配管 合流点 ~ サプレッション・チェンバ	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
										B系統代替循環冷却系テスト配管 合流点 〜 サプレッション・チェンバ	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
										A系統代替循環冷却系原子炉注水配管合流点 ~ 弁E12~F042A	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
圧力低	原									B系統代替循環冷却系原子炉注水配管合流点 ~ B系統原子炉停止時冷却系配管分岐点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
圧力低減設備その他	原子炉格納容器安全設	代替循環冷却系	主配管			-	_			B系統原子炉停止時冷却系配管分 岐点 ~ B系統低圧注水系配管分岐点	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
他の安全設備	安全設備	郑 系								B系統低圧注水系配管分岐点 ~ 弁E12-F042B	_	_	常設所震/防止常設/緩和	SAクラス2
り用 										弁E12-F042A ~ 弁E12-F041A	_	_	常設耐震/防止 常設/緩和	SAクラス2
										弁E12-F041A ~ 原子炉圧力容器	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
										弁E12-F042B ~ 弁E12-F041B	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
										弁E12-F041B ~ 原子炉圧力容器	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2

表1 原子炉格納施設の主要設備リスト(24/49)

			1				§1 原子炉格納	施設の主要設備	リスト (24/49	9)				1
						変	更前				変	更 後		
		$ abla_{j}$				設計基	準対象施設 *1	重大事故等	対処設備 *1		設計基準	作対象施設 *1	重大事故等求	[↑]
1	設備区分	系統名	機器区分	名	称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス	名 称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス
										A系統代替循環冷却系ポンプ 込管分岐点 〜 代替循環冷却系ポンプA	及 —	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
										代替循環冷却系ポンプA ~ 代替循環冷却系代替格納容器 プレイ配管A系分岐点		_	常設/緩和	SAクラス2
										代替循環冷却系代替格納容器 プレイ配管A系分岐点 〜 代替循環冷却系テスト配管A系 分岐点	_	_	常設/緩和	SAクラス2
圧力低	原									代替循環冷却系テスト配管A 分岐点 〜 A系統代替循環冷却系原子炉 水配管合流点	_	_	常設/緩和	SAクラス2
圧力低減設備その:	原子炉格納容器安全設備	代替循環冷却系	主配管				_			B系統代替循環冷却系ポンプ 込管分岐点 〜 代替循環冷却系ポンプB	人	_	常設/緩和	SAクラス2
他の安全設備	安全設備	却系								代替循環冷却系ポンプB 〜 代替循環冷却系代替格納容器> プレイ配管B系分岐点		_	常設/緩和	SAクラス2
VH										代替循環冷却系代替格納容器 プレイ配管B系分岐点 〜 代替循環冷却系テスト配管B系 分岐点	_	_	常設/緩和	SAクラス2
										プ吸点 代替循環冷却系テスト配管B 分岐点 ~ B系統代替循環冷却系原子炉 水配管合流点	_	_	常設/緩和	SAクラス2
										格納容器スプレイヘッダA (ドライウェル側)	_	_	常設/緩和	SAクラス2
										格納容器スプレイヘッダB (ドライウェル側)	_	_	常設/緩和	SAクラス2

表 1 原子炉格納施設の主要設備リスト (25/49)

						変更	前				変 更	更後		
=	没	至				設計基準	対象施設 *1	重大事故等为	↑処設備 *¹		設計基準	對象施設 *1	重大事故等效	J処設備 *¹
1) [2]	设 備 区 分	系統名	機器区分	名	称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス	名 称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス
										原子炉格納容器配管貫通部X-35	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
										原子炉格納容器配管貫通部X-32	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
										原子炉格納容器配管貫通部X-47		_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
圧		代替循環冷却系	主配管			_				原子炉格納容器配管貫通部X-48		_	常設一樣和	SAクラス2
圧力低減設備その	原子炉格	冷却系	Linu H							原子炉格納容器配管貫通部X-12A*6	ı	_	常設/緩和	SAクラス2
他	原子炉格納容器安全設備									原子炉格納容器配管貫通部X-12B*6	ı	_	常設/緩和	SAクラス2
の安全設備	全設備									原子炉格納容器配管貫通部X-11A		_	常設一樣和	SAクラス2
1 1/用										原子炉格納容器配管貫通部X-11B	_	_	常設耐震/防止常設/緩和	SAクラス2
		格								常設低圧代替注水系ポンプ		_	常設/緩和	SAクラス2
		格納容器下	ポンプ			_				可搬型代替注水大型ポンプ	_	_	可搬/緩和	SAクラス3
		部								可搬型代替注水中型ポンプ	_	_	可搬/緩和	SAクラス3

*6:格納容器貫通部のうち管を示す。

表2 原子炉格納施設の兼用設備リスト (1/4)

			_				<u> </u>	変 更 前	71 1 /9 [I M 1/1/E]	这のボル政補リン		変	更後		
	п.		Laka				設計基	準対象施設 *1	重大事故	等対処設備*1		設計基	準対象施設*1	重大事故等	等対処設備* ¹
記録	交	系統名	機器区分	主たる機能の 施設/設備区分	名	弥	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス	名 称	耐震 重要度 分類	機器クラス	設備分類	重大事故等機器クラス
								_			炉心シュラウド		_	常設/緩和	_
								_			シュラウドサポート	_	_	常設/緩和	_
								_			上部格子板		_	常設/緩和	_
				原子炉本体炉心				_			炉心支持板	_	_	常設/緩和	_
圧力容器	圧力容器	代						_			中央燃料支持金具	_	_	常設/緩和	_
圧力容器その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	代替循環冷却系	-					_			周辺燃料支持金具	_	_	常設/緩和	_
安全設備	安全設備	系						-			制御棒案内管		_	常設/緩和	_
Mis				原子炉本体 原子炉圧力容器				_			原子炉圧力容器		_	常設/緩和	SAクラス2
				原子炉圧力容器 原子炉本体 原子炉圧力容器 内部構造物				_			残留熱除去系配管(原子炉圧力容 器内部)		_	常設/緩和	_
				原子炉冷却系統				-			残留熱除去系ポンプA(流路)	1	_	常設/緩和	SAクラス2
				原子炉冷却系統施設 —— 残留熱除去設備				_			残留熱除去系ポンプB(流路)		_	常設/緩和	SAクラス2