

本資料のうち、枠囲みの内容は営業秘密又は防護上の観点から公開できません。

東海第二発電所 工事計画審査資料	
資料番号	補足-140 改0

工事計画に係る補足説明資料

補足 - 140 【設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する
説明書に係る補足説明資料】

平成 30 年 10 月

日本原子力発電株式会社

添付書類に係る補足説明資料

「設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書」に係る添付書類の記載内容を補足するための説明資料を以下に示す。

工認添付書類	補足説明資料
V-1-10-2 本工事計画に係る設計の実績，工事及び検査の計画 原子炉本体	補足-140-1 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表（原子炉本体）
V-1-10-3 本工事計画に係る設計の実績，工事及び検査の計画 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設	補足-140-2 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）
V-1-10-4 本工事計画に係る設計の実績，工事及び検査の計画 原子炉冷却系統施設	補足-140-3 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表（原子炉冷却系統施設）
V-1-10-5 本工事計画に係る設計の実績，工事及び検査の計画 計測制御系統施設	補足-140-4 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表（計測制御系統施設）
V-1-10-6 本工事計画に係る設計の実績，工事及び検査の計画 放射性廃棄物の廃棄施設	補足-140-5 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表（放射性廃棄物の廃棄施設）
V-1-10-7 本工事計画に係る設計の実績，工事及び検査の計画 放射線管理施設	補足-140-6 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表（放射線管理施設）
V-1-10-8 本工事計画に係る設計の実績，工事及び検査の計画 原子炉格納施設	補足-140-7 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表（原子炉格納施設）
V-1-10-9 本工事計画に係る設計の実績，工事及び検査の計画 非常用電源設備	補足-140-8 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表（その他附属施設非常用電源設備）
V-1-10-10 本工事計画に係る設計の実績，工事及び検査の計画 常用電源設備	補足-140-9 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表 （その他附属施設常用電源設備）
V-1-10-11 本工事計画に係る設計の実績，工事及び検査の計画 補助ボイラー	補足-140-10 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表（その他附属施設補助ボイラー）
V-1-10-12 本工事計画に係る設計の実績，工事及び検査の計画 火災防護設備	補足-140-11 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表（その他附属施設火災防護設備）
V-1-10-13 本工事計画に係る設計の実績，工事及び検査の計画 浸水防護施設	補足-140-12 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表（その他附属施設浸水防護施設）

工認添付書類	補足説明資料
V-1-10-14 本工事計画に係る設計の実績, 工事及び検査の計画補機駆動用燃料設備(非常用電源設備及び補助ボイラーに係るものを除く。)	補足-140-13 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表(その他附属施設補機駆動用燃料設備(非常用電源設備及び補助ボイラーに係るものを除く。))
V-1-10-15 本工事計画に係る設計の実績, 工事及び検査の計画非常用取水設備	補足-140-14 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表(その他附属施設非常用取水設備)
V-1-10-16 本工事計画に係る設計の実績, 工事及び検査の計画緊急時対策所	補足-140-15 基本設計方針から工認添付説明書及び様式-1への展開表(その他附属施設緊急時対策所)

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-1 【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（原子炉本体）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：原子炉本体】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子力設備に関する技術基準を定める省令」, 「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
第1章 共通項目 原子炉本体の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求(5.5 安全弁等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関, 5.8 電気設備の設計条件を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	第1章 共通項目 原子炉本体の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求(5.5 安全弁等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関, 5.8 電気設備の設計条件を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	—	1. 共通的に適用される設計
第2章 個別項目 1. 炉心等 燃料体(燃料要素及びその他の部品を含む。)は, 設置(変更)許可を受けた仕様となる構造及び設計とする。	第2章 個別項目 1. 炉心等 燃料体(燃料要素及びその他の部品を含む。)は, 設置(変更)許可を受けた仕様となる構造及び設計とする。 【23条1】	—	— (追加要求事項なし)
燃料体, 減速材及び反射材並びに炉心支持構造物の材料は, 通常運転時における原子炉運転状態に対応した圧力, 温度条件, 燃料使用期間中の燃焼度, 中性子照射量及び水質の組み合わせのうち想定される最も厳しい条件において, 耐放射線性, 寸法安定性, 耐熱性, 核性質及び強度のうち必要な物理的性質並びに, 耐食性, 水素吸収特性及び化学的安定性のうち必要な化学的性質を保持し得る材料を使用する。	燃料体, 減速材及び反射材並びに炉心支持構造物の材料は, 通常運転時における原子炉運転状態に対応した圧力, 温度条件, 燃料使用期間中の燃焼度, 中性子照射量及び水質の組み合わせのうち想定される最も厳しい条件において, 耐放射線性, 寸法安定性, 耐熱性, 核性質及び強度のうち必要な物理的性質並びに, 耐食性, 水素吸収特性及び化学的安定性のうち必要な化学的性質を保持し得る材料を使用する。 【23条2】	—	— (追加要求事項なし)
燃料体は炉心支持構造物で支持され, その荷重は原子炉圧力容器に伝えられる設計とする。	燃料体は炉心支持構造物で支持され, その荷重は原子炉圧力容器に伝えられる設計とする。 【23条7】	—	— (追加要求事項なし)
燃料体は, 通常運転時における発電用原子炉内の最高使用圧力, 自重, 附加荷重, 核分裂生成物の蓄積による燃料被覆材の内圧上昇, 熱応力等の荷重に耐える設計とする。また, 輸送中又は取扱中において, 著しい変形を生じない設計とする。	燃料体は, 通常運転時における発電用原子炉内の最高使用圧力, 自重, 附加荷重, 核分裂生成物の蓄積による燃料被覆材の内圧上昇, 熱応力等の荷重に耐える設計とする。また, 輸送中又は取扱中において, 著しい変形を生じない設計とする。 【23条4】	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
炉心支持構造物は、最高使用圧力、自重、附加荷重及び地震力に加え、熱応力の荷重に耐える設計とする。	炉心支持構造物は、最高使用圧力、自重、附加荷重及び地震力に加え、熱応力の荷重に耐える設計とする。 【23条5】	—	— (追加要求事項なし)
炉心は、通常運転時又は運転時の異常な過渡変化時に発電用原子炉の運転に支障が生ずる場合において、原子炉冷却系統、原子炉停止系統、反応度制御系統、計測制御系統及び安全保護回路(安全保護系)の機能と併せて機能することにより燃料要素の許容損傷限界を超えない設計とする。	炉心は、通常運転時又は運転時の異常な過渡変化時に発電用原子炉の運転に支障が生ずる場合において、原子炉冷却系統、原子炉停止系統、反応度制御系統、計測制御系統及び安全保護回路(安全保護系)の機能と併せて機能することにより燃料要素の許容損傷限界を超えない設計とする。 【23条6】	—	— (追加要求事項なし)
炉心部は燃料体、制御棒及び支持構造物からなり、上下端が半球状の円筒形鋼製圧力容器に収容される。原子炉圧力容器の外側には、遮蔽壁を設置する。	炉心部は燃料体、制御棒及び支持構造物からなり、上下端が半球状の円筒形鋼製圧力容器に収容される。原子炉圧力容器の外側には、遮蔽壁を設置する。 【23条8】	—	— (追加要求事項なし)
燃料体(燃料要素を除く。)、減速材及び反射材並びに炉心支持構造物は、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において、発電用原子炉を安全に停止し、かつ、停止後に炉心の冷却機能を維持できる設計とする。	燃料体(燃料要素を除く。)、減速材及び反射材並びに炉心支持構造物は、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において、発電用原子炉を安全に停止し、かつ、停止後に炉心の冷却機能を維持できる設計とする。 【23条3】	—	— (追加要求事項なし)
なお、熱遮蔽材は設けない設計とする。	なお、熱遮蔽材は設けない設計とする。 【24条1】	—	— (追加要求事項なし)
2. 原子炉圧力容器 2.1 原子炉圧力容器本体 原子炉圧力容器の原子炉冷却材圧力バウンダリに係る基本設計方針については、原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第2章 個別項目 3. 原子炉冷却材の循環設備 3.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ」に基づく設計とする。	2. 原子炉圧力容器 2.1 原子炉圧力容器本体 原子炉圧力容器の原子炉冷却材圧力バウンダリに係る基本設計方針については、原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第2章 個別項目 3. 原子炉冷却材の循環設備 3.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ」に基づく設計とする。 【27条1~14】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉圧力容器は、円筒形の胴部に半球形の下鏡を付した鋼製容器に、半球形の鋼製上部ふたをボルト締めする構造であり、再循環水出口ノズル、再循環水入口ノズル、主蒸気ノズル、給水ノズル等を取り付ける設計とする。	原子炉圧力容器は、円筒形の胴部に半球形の下鏡を付した鋼製容器に、半球形の鋼製上部ふたをボルト締めする構造であり、再循環水出口ノズル、再循環水入口ノズル、主蒸気ノズル、給水ノズル等を取り付ける設計とする。 【23条10】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉圧力容器内の原子炉冷却材の流路は、再循環系ポンプにより、再循環水入口ノズルから原子炉圧力	原子炉圧力容器内の原子炉冷却材の流路は、再循環系ポンプにより、再循環水入口ノズルから原子炉圧力	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
容器内に導かれ、ジェットポンプによりチャンネル・ボックスが形成した原子炉冷却材の流路を炉心の下方から上方向に流れ、主蒸気ノズルから出る設計とする。	容器内に導かれ、ジェットポンプによりチャンネル・ボックスが形成した原子炉冷却材の流路を炉心の下方から上方向に流れ、主蒸気ノズルから出る設計とする。 【23条9】		
原子炉圧力容器の支持方法は、原子炉圧力容器スカートで下端を固定し、原子炉圧力容器スタビライザによって水平方向に支持する設計とする。	原子炉圧力容器の支持方法は、原子炉圧力容器スカートで下端を固定し、原子炉圧力容器スタビライザによって水平方向に支持する設計とする。 【23条11】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉圧力容器は最低使用温度を21℃に設定し、関連温度(初期)を-12℃以下に設定することで脆性破壊が生じない設計とする。	原子炉圧力容器は最低使用温度を21℃に設定し、関連温度(初期)を-12℃以下に設定することで脆性破壊が生じない設計とする。 【17条8】	—	— (追加要求事項なし)
中性子照射脆化の影響を受ける原子炉圧力容器にあつては、日本電気協会「原子力発電所用機器に対する破壊靱性の確認試験方法」(JEAC4206)に基づき、適切な破壊じん性を有する設計とする。	中性子照射脆化の影響を受ける原子炉圧力容器にあつては、日本電気協会「原子力発電所用機器に対する破壊靱性の確認試験方法」(JEAC4206)に基づき、適切な破壊じん性を有する設計とする。 【14条20】	V-1-2-2 原子炉圧力容器の脆性破壊防止に関する説明書 2. 基本方針 3. 脆性破壊防止に対する設計 4. 評価対象と評価方法 6. 最低使用温度に基づく評価 7. 関連温度に基づく評価 8. 上部棚吸収エネルギーの評価	(要求事項に変更があるが、基本設計方針に変更のない、本工認で必要な設計) 2. 原子炉本体の設計 (1) 基本方針及び評価方針の設定 (2) 評価方法の設定 (3) 評価の実施
チャンネル・ボックスは、制御棒をガイドし、燃料集合体を保護する設計とする。	チャンネル・ボックスは、制御棒をガイドし、燃料集合体を保護する設計とする。 【23条12】	—	— (追加要求事項なし)
2.2 監視試験片 1メガ電子ボルト以上の中性子の照射を受ける原子炉圧力容器は、当該容器が想定される運転状態において脆性破壊を引き起こさないようにするために、施設時に適用された告示「発電用原子力設備に関する構造等の技術基準(昭和45年通商産業省告示第501号)」を満足し、機械的強度及び破壊じん性の変化を確認できる個数の監視試験片を原子炉圧力容器内部に挿入することにより、照射の影響を確認できる設計とする。	2.2 監視試験片 1メガ電子ボルト以上の中性子の照射を受ける原子炉圧力容器は、当該容器が想定される運転状態において脆性破壊を引き起こさないようにするために、施設時に適用された告示「発電用原子力設備に関する構造等の技術基準(昭和45年通商産業省告示第501号)」を満足し、機械的強度及び破壊じん性の変化を確認できる個数の監視試験片を原子炉圧力容器内部に挿入することにより、照射の影響を確認できる設計とする。 【22条1】	—	— (追加要求事項なし)
監視試験片は、適用可能な日本電気協会「原子炉構造材の監視試験方法」(JEAC4201)により、取り出し及び監視試験を実施する。	監視試験片は、適用可能な日本電気協会「原子炉構造材の監視試験方法」(JEAC4201)により、取り出し及び監視試験を実施する。 【22条2】	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>3. 流体振動等による損傷の防止</p> <p>燃料体, 炉心支持構造物及び原子炉压力容器は, 原子炉冷却材の循環, 沸騰その他の原子炉冷却材の挙動により生じる流体振動又は温度差のある流体の混合その他の原子炉冷却材の挙動により生じる温度変動により損傷を受けない設計とする。</p>	<p>3. 流体振動等による損傷の防止</p> <p>燃料体, 炉心支持構造物及び原子炉压力容器は, 原子炉冷却材の循環, 沸騰その他の原子炉冷却材の挙動により生じる流体振動又は温度差のある流体の混合その他の原子炉冷却材の挙動により生じる温度変動により損傷を受けない設計とする。</p> <p>【19条1】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>4. 主要対象設備</p> <p>原子炉本体の対象となる主要な設備について, 「表1 原子炉本体の主要設備リスト」に示す。</p>	<p>4. 主要対象設備</p> <p>原子炉本体の対象となる主要な設備について, 「表1 原子炉本体の主要設備リスト」に示す。</p>	—	— (「主要設備リスト」による)

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-2【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（核燃料物質の取扱
施設及び貯蔵施設）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子力設備に関する技術基準を定める省令」, 「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
第1章 共通項目 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.5 安全弁等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	第1章 共通項目 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.5 安全弁等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	—	1. 共通的に適用される設計
第2章 個別項目 1. 燃料取扱設備 燃料体等の取扱設備は, 燃料取替機, 原子炉建屋クレーン, チャンネル着脱機及び使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーンで構成し, 燃料取替機, 原子炉建屋クレーン及びチャンネル着脱機は, 新燃料を原子炉建屋原子炉棟に搬入してから原子炉建屋原子炉棟外へ搬出するまで, 燃料体等を安全に取り扱うことができる設計とする。	第2章 個別項目 1. 燃料取扱設備 燃料体等の取扱設備は, 燃料取替機, 原子炉建屋クレーン, チャンネル着脱機及び使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーンで構成し, 燃料取替機, 原子炉建屋クレーン及びチャンネル着脱機は, 新燃料を原子炉建屋原子炉棟に搬入してから原子炉建屋原子炉棟外へ搬出するまで, 燃料体等を安全に取り扱うことができる設計とする。 【26条1】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーンは, 使用済燃料乾式貯蔵建屋内において使用済燃料乾式貯蔵容器を安全に取り扱うことができる設計とする。	使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーンは, 使用済燃料乾式貯蔵建屋内において使用済燃料乾式貯蔵容器を安全に取り扱うことができる設計とする。 【26条2】	—	— (追加要求事項なし)
新燃料は, 原子炉建屋原子炉棟内に設ける新燃料貯蔵庫から原子炉建屋クレーン及びチャンネル着脱機を介して使用済燃料プールに移し, 燃料取替機により発電用原子炉に装荷できる設計とする。	新燃料は, 原子炉建屋原子炉棟内に設ける新燃料貯蔵庫から原子炉建屋クレーン及びチャンネル着脱機を介して使用済燃料プールに移し, 燃料取替機により発電用原子炉に装荷できる設計とする。 【26条3】	—	— (追加要求事項なし)
また, 燃料の取替えは, 原子炉上部の原子炉ウエルに水を張り, 水中で燃料取替機により行うことができる設計とする。	また, 燃料の取替えは, 原子炉上部の原子炉ウエルに水を張り, 水中で燃料取替機により行うことができる設計とする。	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	【26条4】		
使用済燃料は、遮蔽に必要な水深を確保した状態で、燃料取替機により水中移送し、原子炉建屋原子炉棟内の使用済燃料プールの使用済燃料貯蔵ラックに貯蔵できる設計とする。又は、使用済燃料プールに7年以上貯蔵した後、使用済燃料乾式貯蔵設備に貯蔵できる設計とする。	使用済燃料は、遮蔽に必要な水深を確保した状態で、燃料取替機により水中移送し、原子炉建屋原子炉棟内の使用済燃料プールの使用済燃料貯蔵ラックに貯蔵できる設計とする。又は、使用済燃料プールに7年以上貯蔵した後、使用済燃料乾式貯蔵設備に貯蔵できる設計とする。 【26条5】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料の発電所外への搬出には、使用済燃料輸送容器を使用する。また、使用済燃料乾式貯蔵容器に収納された使用済燃料を発電所外へ搬出する場合には、使用済燃料プールへ使用済燃料乾式貯蔵容器を運搬し、使用済燃料輸送容器に使用済燃料の詰め替えを行った後、キャスク除染ピットで使用済燃料輸送容器の除染を行い発電所外へ搬出する。	使用済燃料の発電所外への搬出には、使用済燃料輸送容器を使用する。また、使用済燃料乾式貯蔵容器に収納された使用済燃料を発電所外へ搬出する場合には、使用済燃料プールへ使用済燃料乾式貯蔵容器を運搬し、使用済燃料輸送容器に使用済燃料の詰め替えを行った後、キャスク除染ピットで使用済燃料輸送容器の除染を行い発電所外へ搬出する。 【26条6】	—	— (追加要求事項なし)
燃料取替機及びチャンネル着脱機は、燃料体等を一体ずつ取り扱う構造とすることにより、臨界を防止する設計とし、燃料体等の検査等を行う際に水面に近づいた状態であっても、燃料体等からの放射線の遮蔽に必要な水深を確保できる設計とする。	燃料取替機及びチャンネル着脱機は、燃料体等を一体ずつ取り扱う構造とすることにより、臨界を防止する設計とし、燃料体等の検査等を行う際に水面に近づいた状態であっても、燃料体等からの放射線の遮蔽に必要な水深を確保できる設計とする。 【26条7】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉建屋クレーンは、未臨界性を確保した容器に収納して吊り上げる場合を除き、燃料体等を取り扱う場合は、一体ずつ取り扱う構造とし、臨界を防止する設計とする。	原子炉建屋クレーンは、未臨界性を確保した容器に収納して吊り上げる場合を除き、燃料体等を取り扱う場合は、一体ずつ取り扱う構造とし、臨界を防止する設計とする。 【26条8】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーンは、未臨界性を確保した使用済燃料乾式貯蔵容器を取り扱う設計とする。	使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーンは、未臨界性を確保した使用済燃料乾式貯蔵容器を取り扱う設計とする。 【26条9】	—	— (追加要求事項なし)
燃料取替機は、燃料体等の発電用原子炉から使用済燃料プールへの移送操作、使用済燃料プールから発電用原子炉への移送操作、使用済燃料輸送容器又は使用済燃料乾式貯蔵容器への収納操作等をすべて水中で行うことで、崩壊熱により燃料体等が溶融せず、燃料体等からの放射線に対して、適切な遮蔽能力を有する設計とする。	燃料取替機は、燃料体等の発電用原子炉から使用済燃料プールへの移送操作、使用済燃料プールから発電用原子炉への移送操作、使用済燃料輸送容器又は使用済燃料乾式貯蔵容器への収納操作等をすべて水中で行うことで、崩壊熱により燃料体等が溶融せず、燃料体等からの放射線に対して、適切な遮蔽能力を有する設計とする。	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	【26条10】		
チャンネル着脱機は、燃料体等の検査等のための昇降操作等をすべて水中で行うことで、崩壊熱により燃料体等が溶融せず、燃料体等からの放射線に対して、適切な遮蔽能力を有する設計とする。	チャンネル着脱機は、燃料体等の検査等のための昇降操作等をすべて水中で行うことで、崩壊熱により燃料体等が溶融せず、燃料体等からの放射線に対して、適切な遮蔽能力を有する設計とする。 【26条10-1】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉建屋クレーンは、フック部の外れ止めを有し、使用済燃料輸送容器等を取り扱う主巻フックは、ストッパ方式のイコライザハンガを設けることにより、燃料体等の重量物取扱中に落下を防止できる設計とする。 なお、ワイヤロープ及びフックは、それぞれクレーン構造規格、クレーン等安全規則の規定を満たす安全率を有する設計とする。	原子炉建屋クレーンは、フック部の外れ止めを有し、使用済燃料輸送容器等を取り扱う主巻フックは、ストッパ方式のイコライザハンガを設けることにより、燃料体等の重量物取扱中に落下を防止できる設計とする。また、想定される使用済燃料プール内への落下物によって使用済燃料プール内の燃料体等が破損しないことを計算により確認する。 なお、ワイヤロープ及びフックは、それぞれクレーン構造規格、クレーン等安全規則の規定を満たす安全率を有する設計とする。 【26条11】	V-1-3-3 燃料体等又は重量物の落下による使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の破損の防止及び使用済燃料貯蔵槽の機能喪失の防止に関する説明書 2. 基本方針 5. 使用済燃料プール内への落下物による使用済燃料プール内の燃料体等への影響評価	3. 重量物の落下防止設計 (4) 使用済燃料プール内への落下物による使用済燃料プール内の燃料体等への影響評価
燃料取替機の燃料把握機は、昇降を安全かつ確実にを行うため、定格荷重を保持でき、必要な安全率を有するワイヤロープの二重化、フック部の外れ止めを有し、グラップルには機械的インターロックを設ける設計とする。	燃料取替機の燃料把握機は、昇降を安全かつ確実にを行うため、定格荷重を保持でき、必要な安全率を有するワイヤロープの二重化、フック部の外れ止めを有し、グラップルには機械的インターロックを設ける設計とする。 【26条13】	—	— (追加要求事項なし)
チャンネル着脱機は、下限ストッパによる機械的インターロック及び燃料体等を上部で保持する固定具により燃料体等の使用済燃料プール床面への落下を防止できる設計とする。	チャンネル着脱機は、下限ストッパによる機械的インターロック及び燃料体等を上部で保持する固定具により燃料体等の使用済燃料プール床面への落下を防止できる設計とする。 【26条15】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーンは、定格荷重を保持でき、必要な安全率を有するワイヤロープの二重化、フック部の外れ止めを有する設計とする。また、重量物を吊った状態において、使用済燃料乾式貯蔵建屋に設置された他のキャスクと接触しないよう、走行及び横行範囲のインターロックを設ける設計とする。	使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーンは、定格荷重を保持でき、必要な安全率を有するワイヤロープの二重化、フック部の外れ止めを有する設計とする。また、重量物を吊った状態において、使用済燃料乾式貯蔵建屋に設置された他のキャスクと接触しないよう、走行及び横行範囲のインターロックを設ける設計とする。 【26条16】	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
燃料取替機は、燃料体等の取扱中に過荷重となった場合に上昇を阻止するインターロックを設けるとともに荷重監視を行うことにより、過荷重による燃料体等の落下を防止できる設計とする。	燃料取替機は、燃料体等の取扱中に過荷重となった場合に上昇を阻止するインターロックを設けるとともに荷重監視を行うことにより、過荷重による燃料体等の落下を防止できる設計とする。 【26条14】	—	— (追加要求事項なし)
燃料取替機は、地震時にも転倒することがないように走行レール頭部を抱き込む構造をした脱線防止装置を設ける。	燃料取替機は、地震時にも転倒することがないように走行レール頭部を抱き込む構造をした脱線防止装置を設ける。 【26条17】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉建屋クレーンは、地震時にも転倒することがないように走行方向及び横行方向に対して、クレーン本体等の浮上り量を考慮し、落下防止金具等を設けることで、クレーン本体等の車輪がレール上から落下しない設計とする。	原子炉建屋クレーンは、地震時にも転倒することがないように走行方向及び横行方向に対して、クレーン本体等の浮上り量を考慮し、落下防止金具等を設けることで、クレーン本体等の車輪がレール上から落下しない設計とする。 【26条18】	—	— (追加要求事項なし)
また、原子炉建屋クレーンは、使用済燃料輸送容器等の重量物を吊った状態では、使用済燃料貯蔵ラック上を走行できないようにインターロックを設ける設計とする。	また、原子炉建屋クレーンは、使用済燃料輸送容器等の重量物を吊った状態では、使用済燃料貯蔵ラック上を走行できないようにインターロックを設ける設計とする。 【26条12】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーンは、地震時にも転倒することがないように走行レール頭部を抱き込む構造をした脱線防止装置を設ける。	使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーンは、地震時にも転倒することがないように走行レール頭部を抱き込む構造をした脱線防止装置を設ける。 【26条19】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料を収納する使用済燃料乾式貯蔵容器は、取扱中における衝撃、熱、その他の容器に加わる負荷に耐え、容易かつ安全に取り扱うことができる設計とする。また、運搬中に予想される温度及び内圧の変化、振動等により、き裂、破損等が生じない設計とする。さらに、理論的若しくは適切な試験等により所定の機能を満足できる設計とする。	使用済燃料を収納する使用済燃料乾式貯蔵容器は、取扱中における衝撃、熱、その他の容器に加わる負荷に耐え、容易かつ安全に取り扱うことができる設計とする。また、運搬中に予想される温度及び内圧の変化、振動等により、き裂、破損等が生じない設計とする。さらに、理論的若しくは適切な試験等により所定の機能を満足できる設計とする。 【26条20】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料乾式貯蔵容器は、内部に使用済燃料が収納された場合に、放射線障害を防止するため、その容器表面の線量当量率が2 mSv/h以下及び容器表面から1 mの点における線量当量率100 μSv/h以下となるよう、収納される使用済燃料の放射能強度を考慮して十分な遮蔽を行うことができる設計とする。	使用済燃料乾式貯蔵容器は、内部に使用済燃料が収納された場合に、放射線障害を防止するため、その容器表面の線量当量率が2 mSv/h以下及び容器表面から1 mの点における線量当量率100 μSv/h以下となるよう、収納される使用済燃料の放射能強度を考慮して十分な遮蔽を行うことができる設計とする。	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	【26条21】		
燃料取替機の燃料把握機は、空気作動式とし、燃料体等をつかんだ状態で圧縮空気が喪失した場合にも、つかんだ状態を保持し、燃料体等が外れない設計とする。	燃料取替機の燃料把握機は、空気作動式とし、燃料体等をつかんだ状態で圧縮空気が喪失した場合にも、つかんだ状態を保持し、燃料体等が外れない設計とする。 【26条22】	—	— (追加要求事項なし)
燃料取替機、原子炉建屋クレーン、チャンネル着脱機及び使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーンは、動力電源喪失時に電磁ブレーキによる保持機能により、燃料体等の落下を防止できる設計とする。	燃料取替機、原子炉建屋クレーン、チャンネル着脱機及び使用済燃料乾式貯蔵建屋天井クレーンは、動力電源喪失時に電磁ブレーキによる保持機能により、燃料体等の落下を防止できる設計とする。 【26条23】	—	— (追加要求事項なし)
2. 燃料貯蔵設備 燃料体等を貯蔵する設備として、新燃料貯蔵庫、使用済燃料プール及び使用済燃料乾式貯蔵設備を設ける設計とする。	2. 燃料貯蔵設備 燃料体等を貯蔵する設備として、新燃料貯蔵庫、使用済燃料プール及び使用済燃料乾式貯蔵設備を設ける設計とする。 【26条24】	—	— (追加要求事項なし)
新燃料貯蔵庫は、通常時の燃料取替を考慮し、適切な貯蔵能力を有し、全炉心燃料の約30%を収納できる設計とする。	新燃料貯蔵庫は、通常時の燃料取替を考慮し、適切な貯蔵能力を有し、全炉心燃料の約30%を収納できる設計とする。 【26条30】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料プールは、約290%炉心分の燃料の貯蔵が可能であり、さらに放射化された機器等の貯蔵及び取扱いができるスペースを確保した設計とする。なお、通常運転中、全炉心の燃料体等を貯蔵できる容量を確保できる設計とする。	使用済燃料プールは、約290%炉心分の燃料の貯蔵が可能であり、さらに放射化された機器等の貯蔵及び取扱いができるスペースを確保した設計とする。なお、通常運転中、全炉心の燃料体等を貯蔵できる容量を確保できる設計とする。 【26条31】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料乾式貯蔵設備は、使用済燃料を全炉心燃料の約190%相当分貯蔵できる容量を有する設計とする。	使用済燃料乾式貯蔵設備は、使用済燃料を全炉心燃料の約190%相当分貯蔵できる容量を有する設計とする。 【26条32】	—	— (追加要求事項なし)
燃料体等の貯蔵設備は、燃料取扱者以外の者がみだりに立ち入らないよう、フェンス等により立入を制限できる設計とする。	燃料体等の貯蔵設備は、燃料取扱者以外の者がみだりに立ち入らないよう、フェンス等により立入を制限できる設計とする。 【26条58】	—	— (追加要求事項なし)
新燃料貯蔵庫は、原子炉建屋原子炉棟内の独立した区画に設け、新燃料を新燃料貯蔵ラックで貯蔵できる設計とする。	新燃料貯蔵庫は、原子炉建屋原子炉棟内の独立した区画に設け、新燃料を新燃料貯蔵ラックで貯蔵できる設計とする。	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
<p>新燃料貯蔵庫は、鉄筋コンクリート構造とし、想定されるいかなる状態においても新燃料が臨界に達することのない設計とする。新燃料は、乾燥状態で保管し、堅固な構造のラックに垂直に入れ、新燃料貯蔵庫には水が充満するのを防止するための排水口を設ける設計とする。</p>	<p>新燃料貯蔵庫は、鉄筋コンクリート構造とし、想定されるいかなる状態においても新燃料が臨界に達することのない設計とする。新燃料は、乾燥状態で保管し、堅固な構造のラックに垂直に入れ、新燃料貯蔵庫には水が充満するのを防止するための排水口を設ける設計とする。</p> <p>【26 条 25】</p>		
<p>新燃料貯蔵庫に設置する新燃料貯蔵ラックは、貯蔵燃料の臨界を防止するために必要な燃料間距離を保持し、たとえ新燃料を貯蔵容量最大で貯蔵した状態で、万一新燃料貯蔵庫が水で満たされるという厳しい状態を仮定しても、実効増倍率を 0.95 以下に保つ設計とする。</p>	<p>新燃料貯蔵庫に設置する新燃料貯蔵ラックは、貯蔵燃料の臨界を防止するために必要な燃料間距離を保持し、たとえ新燃料を貯蔵容量最大で貯蔵した状態で、万一新燃料貯蔵庫が水で満たされるという厳しい状態を仮定しても、実効増倍率を 0.95 以下に保つ設計とする。</p> <p>【26 条 26】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>使用済燃料プールは、原子炉建屋原子炉棟内に設け、燃料体等を水中の使用済燃料貯蔵ラックに垂直に一体ずつ入れて貯蔵し、使用済燃料貯蔵ラックは、中性子吸収材であるほう素を添加したステンレス鋼を使用するとともに適切な燃料間距離をとることにより、燃料を貯蔵容量最大で貯蔵し、かつ使用済燃料プール水温及び使用済燃料貯蔵ラック内燃料貯蔵位置等について、想定されるいかなる場合でも実効増倍率を 0.95 以下に保ち、貯蔵燃料の臨界を防止できる設計とする。</p>	<p>使用済燃料プールは、原子炉建屋原子炉棟内に設け、燃料体等を水中の使用済燃料貯蔵ラックに垂直に一体ずつ入れて貯蔵し、使用済燃料貯蔵ラックは、中性子吸収材であるほう素を添加したステンレス鋼を使用するとともに適切な燃料間距離をとることにより、燃料を貯蔵容量最大で貯蔵し、かつ使用済燃料プール水温及び使用済燃料貯蔵ラック内燃料貯蔵位置等について、想定されるいかなる場合でも実効増倍率を 0.95 以下に保ち、貯蔵燃料の臨界を防止できる設計とする。</p> <p>【26 条 27】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>使用済燃料乾式貯蔵設備は、使用済燃料乾式貯蔵容器及び使用済燃料乾式貯蔵容器を保管する使用済燃料乾式貯蔵建屋等で構成し、使用済燃料乾式貯蔵容器内のバスケットは、中性子吸収材であるほう素を添加した材料を適切に配置するとともに、適切な燃料間距離を保持することにより、燃料集合体を全容量収納し、容器内の燃料位置等について想定されるいかなる場合でも実効増倍率を 0.95 以下に保ち、貯蔵燃料の臨界を防止できる設計とする。</p>	<p>使用済燃料乾式貯蔵設備は、使用済燃料乾式貯蔵容器及び使用済燃料乾式貯蔵容器を保管する使用済燃料乾式貯蔵建屋等で構成し、使用済燃料乾式貯蔵容器内のバスケットは、中性子吸収材であるほう素を添加した材料を適切に配置するとともに、適切な燃料間距離を保持することにより、燃料集合体を全容量収納し、容器内の燃料位置等について想定されるいかなる場合でも実効増倍率を 0.95 以下に保ち、貯蔵燃料の臨界を防止できる設計とする。</p> <p>【26 条 28】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
使用済燃料プールは、鉄筋コンクリート造、ステンレス鋼内張りの水槽であり、使用済燃料プールからの放射性物質を含む水があふれ、又は漏れない構造とする。	使用済燃料プールは、鉄筋コンクリート造、ステンレス鋼内張りの水槽であり、使用済燃料プールからの放射性物質を含む水があふれ、又は漏れない構造とする。 【26条33】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料プール内の壁面及び底部は、コンクリート壁による遮蔽を施すとともに、燃料体等の上部には十分な遮蔽効果を有する水深を確保することにより、燃料体等からの放射線に対して適切な遮蔽能力を有し、放射線業務従事者の被ばくを低減する設計とする。	使用済燃料プール内の壁面及び底部は、コンクリート壁による遮蔽を施すとともに、燃料体等の上部には十分な遮蔽効果を有する水深を確保することにより、燃料体等からの放射線に対して適切な遮蔽能力を有し、放射線業務従事者の被ばくを低減する設計とする。 【26条35】	—	— (追加要求事項なし)
万一、使用済燃料プールからの水の漏えいが発生し、かつ、使用済燃料プール水の補給に復水貯蔵タンク水が使用できない場合には、残留熱除去系を用いてサプレッション・チェンバのプール水を補給できる設計とする。	万一、使用済燃料プールからの水の漏えいが発生し、かつ、使用済燃料プール水の補給に復水貯蔵タンク水が使用できない場合には、残留熱除去系を用いてサプレッション・チェンバのプール水を補給できる設計とする。 【26条36】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料プールは、内面をステンレス鋼内張りに施設することにより、燃料体等の取扱中に想定される燃料体等の落下及び重量物の落下により機能を失うような損傷が生じない設計とする。	使用済燃料プールは、内面をステンレス鋼内張りに施設することにより、燃料体等の取扱中に想定される燃料体等の落下及び重量物の落下により機能を失うような損傷が生じない設計とする。なお、チャンネル着脱機は、燃料体等を移動する際、使用済燃料プールライニングの下に設置されている漏えい検知溝上を通ることがないように、より離れた場所に移設する。 【26条38】	V-1-3-3 燃料体等又は重量物の落下による使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の破損の防止及び使用済燃料貯蔵槽の機能喪失の防止に関する説明書 2. 基本方針 3. 燃料取扱設備における燃料集合体の落下防止対策	3. 重量物の落下防止設計 (4) 使用済燃料プール内への落下物による使用済燃料プール内の燃料体等への影響評価
燃料体等の落下に関しては、模擬燃料体の気中落下試験（以下「落下試験」という。）での最大減肉量を考慮しても使用済燃料プールの機能が損なわれない厚さ以上のステンレス鋼内張りを施設する。	燃料体等の落下に関しては、模擬燃料体の気中落下試験（以下「落下試験」という。）での最大減肉量を考慮しても使用済燃料プールの機能が損なわれない厚さ以上のステンレス鋼内張りを施設する。なお、使用済燃料乾式貯蔵容器等に使用済燃料を収納する場合などは、落下試験での落下高さを超えるため、水の浮力及び抗力を考慮することにより落下試験時の落下エネルギーを下回ることを確認する。 【26条39】	V-1-3-3 燃料体等又は重量物の落下による使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の破損の防止及び使用済燃料貯蔵槽の機能喪失の防止に関する説明書 2. 基本方針 別紙1 燃料集合体落下時の使用済燃料プールライニングの健全性について	3. 重量物の落下防止設計 (5) 燃料集合体落下時の使用済燃料プールライニングの健全性評価

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>重量物の落下に関しては、使用済燃料プール周辺の状況、現場における作業実績、図面等にて確認することにより、落下時のエネルギーを評価し、落下試験時の燃料体等の落下エネルギー以上となる設備等に対しては、以下のとおり適切な落下防止対策を施し、使用済燃料プールの機能を維持する設計とする。</p> <p>【26条40】</p>	<p>V-1-3-3 燃料体等又は重量物の落下による使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の破損の防止及び使用済燃料貯蔵槽の機能喪失の防止に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>4. 使用済燃料プール周辺設備等の重量物の落下防止対策</p>	<p>3. 重量物の落下防止設計</p> <p>(2) 落下防止対策の方法決定及び選択</p>
—	<p>・使用済燃料プールからの離隔を確保できる重量物については、使用済燃料プールへ落下するおそれがないよう、転倒を仮定しても使用済燃料プールに届かない距離に設置する。また、転倒防止のため床面や壁面へ固定する。</p> <p>【26条41】</p>	<p>V-1-3-3 燃料体等又は重量物の落下による使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の破損の防止及び使用済燃料貯蔵槽の機能喪失の防止に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>4. 使用済燃料プール周辺設備等の重量物の落下防止対策</p>	<p>3. 重量物の落下防止設計</p> <p>(1) 落下防止対象設備の抽出</p> <p>(2) 落下防止対策の方法決定及び選択</p> <p>(3) 落下防止対策の設計</p>
—	<p>・原子炉建屋クレーンは、使用済燃料貯蔵ラック上を使用済燃料輸送容器等重量物を吊った状態で走行及び横行できないように可動範囲を制限するインターロックを設ける設計とする。</p> <p>【26条42】</p>	<p>V-1-3-3 燃料体等又は重量物の落下による使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の破損の防止及び使用済燃料貯蔵槽の機能喪失の防止に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>4. 使用済燃料プール周辺設備等の重量物の落下防止対策</p>	<p>3. 重量物の落下防止設計</p> <p>(1) 落下防止対象設備の抽出</p> <p>(2) 落下防止対策の方法決定及び選択</p> <p>(3) 落下防止対策の設計</p>
—	<p>・原子炉建屋原子炉棟の屋根を支持する屋根トラスは、基準地震動S₀に対する発生応力が終局耐力を超えず、使用済燃料プール内に落下しない設計とする。また、屋根については鋼板(デッキプレート)の上に鉄筋コンクリート造の床を設けた構造とし、地震による剥落のない構造とする。</p> <p>また、運転床面より上部を構成する壁は、鉄筋コンクリート造の耐震壁であり、運転床面より下部の耐震壁と合わせて基準地震動S₀に対して使用済燃料プール内に落下しない設計とする。</p> <p>【26条44】</p>	<p>V-1-3-3 燃料体等又は重量物の落下による使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の破損の防止及び使用済燃料貯蔵槽の機能喪失の防止に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>4. 使用済燃料プール周辺設備等の重量物の落下防止対策</p>	<p>3. 重量物の落下防止設計</p> <p>(1) 落下防止対象設備の抽出</p> <p>(2) 落下防止対策の方法決定及び選択</p> <p>(3) 落下防止対策の設計</p>
—	<p>・燃料取替機及び原子炉建屋クレーンは、基準地震動S₀による地震荷重に対し、燃料取替機本体及び原子炉建屋クレーン本体の健全性評価及び転倒落下防止評価を行い、使用済燃料プールへの落下物とならない設計とする。</p> <p>【26条45】</p>	<p>V-1-3-3 燃料体等又は重量物の落下による使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の破損の防止及び使用済燃料貯蔵槽の機能喪失の防止に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p>	<p>3. 重量物の落下防止設計</p> <p>(1) 落下防止対象設備の抽出</p> <p>(2) 落下防止対策の方法決定及び選択</p> <p>(3) 落下防止対策の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		3. 燃料取扱設備における燃料集合体の落下防止対策 V-2 耐震性に関する説明書 V-2-11 波及的影響を及ぼすおそれのある施設の耐震性についての計算書	
—	・燃料取替機本体及び原子炉建屋クレーン本体の健全性評価においては、想定される使用条件において評価が保守的になるよう吊荷の条件を考慮し、地震時の各部発生応力が許容応力以下となる設計とする。 【26条46】	V-1-3-3 燃料体等又は重量物の落下による使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の破損の防止及び使用済燃料貯蔵槽の機能喪失の防止に関する説明書 2. 基本方針 4. 使用済燃料プール周辺設備等の重量物の落下防止対策 V-2 耐震性に関する説明書 V-2-11 波及的影響を及ぼすおそれのある施設の耐震性についての計算書	3. 重量物の落下防止設計 (1) 落下防止対象設備の抽出 (2) 落下防止対策の方法決定及び選択 (3) 落下防止対策の設計
—	・燃料取替機の転倒落下防止評価においては、走行レール頭部を抱き込む構造をした燃料取替機の脱線防止装置について、想定される使用条件において評価が保守的になるよう吊荷の条件を考慮し、地震時の各部発生応力が許容応力以下となる設計とする。 【26条47】	V-1-3-3 燃料体等又は重量物の落下による使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の破損の防止及び使用済燃料貯蔵槽の機能喪失の防止に関する説明書 2. 基本方針 4. 使用済燃料プール周辺設備等の重量物の落下防止対策	3. 重量物の落下防止設計 (1) 落下防止対象設備の抽出 (2) 落下防止対策の方法決定及び選択 (3) 落下防止対策の設計
—	・燃料取替機の走行レールの健全性評価においては、想定される使用条件において、地震時の発生応力が許容応力以下となる設計とする。 【26条48】	V-1-3-3 燃料体等又は重量物の落下による使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の破損の防止及び使用済燃料貯蔵槽の機能喪失の防止に関する説明書 2. 基本方針 4. 使用済燃料プール周辺設備等の重量物の落下防止対策	3. 重量物の落下防止設計 (1) 落下防止対象設備の抽出 (2) 落下防止対策の方法決定及び選択 (3) 落下防止対策の設計
—	・原子炉建屋クレーンの転倒落下防止評価においては、走行方向及び横行方向に浮上り代を設けた構造をした原子炉建屋クレーンの脱線防止装置について、想定される使用条件において評価が保守的になるよう吊荷の条件を考慮し、地震時の各部発生応力が許容応力以下となる設計とする。 【26条49】	V-1-3-3 燃料体等又は重量物の落下による使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の破損の防止及び使用済燃料貯蔵槽の機能喪失の防止に関する説明書 2. 基本方針 4. 使用済燃料プール周辺設備等の重量物の落下防止対策	3. 重量物の落下防止設計 (1) 落下防止対象設備の抽出 (2) 落下防止対策の方法決定及び選択 (3) 落下防止対策の設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	地震時における使用済燃料プールの健全性確保のため、使用済燃料プール壁面に設置されている制御棒貯蔵ハンガに制御棒を保管する場合は、3本掛けのうち、先端部を除く2箇所を使用するとともに、 <u>その旨を保安規定に定めて管理する。</u> 【26条50】	核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 要目表 V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設） （V-1-1-4-2-3 制御棒貯蔵ハンガ） V-2 耐震性に関する説明書 V-2-11 波及的影響を及ぼすおそれのある施設の耐震性についての計算書 <下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応	（追加要求事項はないが、本工認で必要な設計） 6. 制御棒貯蔵ハンガの容量変更に関する設計 <下線部> —
使用済燃料乾式貯蔵設備は、使用済燃料乾式貯蔵容器及び使用済燃料乾式貯蔵容器を保管する使用済燃料乾式貯蔵建屋等からなり、想定されるいかなる状態においても使用済燃料が臨界に達することのない設計とし、使用済燃料からの崩壊熱を適切に除去する設計とする。また、「原子力発電所内の使用済燃料の乾式キャスク貯蔵について（平成4年8月27日原子力安全委員会了承）」の要件を満足する設計とする。	使用済燃料乾式貯蔵設備は、使用済燃料乾式貯蔵容器及び使用済燃料乾式貯蔵容器を保管する使用済燃料乾式貯蔵建屋等からなり、想定されるいかなる状態においても使用済燃料が臨界に達することのない設計とし、使用済燃料からの崩壊熱を適切に除去する設計とする。また、「原子力発電所内の使用済燃料の乾式キャスク貯蔵について（平成4年8月27日原子力安全委員会了承）」の要件を満足する設計とする。 【26条52】	—	— （追加要求事項なし）
使用済燃料乾式貯蔵設備は、自然冷却によって使用済燃料からの崩壊熱を外部に放出できる構造とし、適切に熱を除去できる設計とする。	使用済燃料乾式貯蔵設備は、自然冷却によって使用済燃料からの崩壊熱を外部に放出できる構造とし、適切に熱を除去できる設計とする。 【26条29-1】	—	— （追加要求事項なし）
使用済燃料乾式貯蔵容器は、周辺公衆及び放射線業務従事者に対し、放射線被ばく上の影響を及ぼすことがないよう、使用済燃料が内包する放射性物質を適切に閉じ込める設計とし、二重の蓋を設け、一次蓋と二次蓋との間の圧力を監視することにより、密閉性を監視できる設計とする。	使用済燃料乾式貯蔵容器は、周辺公衆及び放射線業務従事者に対し、放射線被ばく上の影響を及ぼすことがないよう、使用済燃料が内包する放射性物質を適切に閉じ込める設計とし、二重の蓋を設け、一次蓋と二次蓋との間の圧力を監視することにより、密閉性を監視できる設計とする。 【26条53】	—	— （追加要求事項なし）
使用済燃料乾式貯蔵容器は、貯蔵容器本体、蓋部及び耐熱性、耐食性等を有し耐久性の高い金属ガスケットにより漏えいを防止し、設計貯蔵期間中貯蔵容器内部圧力を負圧に維持できる設計とする。	使用済燃料乾式貯蔵容器は、貯蔵容器本体、蓋部及び耐熱性、耐食性等を有し耐久性の高い金属ガスケットにより漏えいを防止し、設計貯蔵期間中貯蔵容器内部圧力を負圧に維持できる設計とする。 【26条54】	—	— （追加要求事項なし）

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
使用済燃料乾式貯蔵容器は、放射線被ばく上の影響を及ぼすことのないよう、ガンマ線遮蔽体及び中性子遮蔽体等で構成することにより、使用済燃料からの放射線に対して適切な遮蔽機能を有する設計とする。	使用済燃料乾式貯蔵容器は、放射線被ばく上の影響を及ぼすことのないよう、ガンマ線遮蔽体及び中性子遮蔽体等で構成することにより、使用済燃料からの放射線に対して適切な遮蔽機能を有する設計とする。 【26条55】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料乾式貯蔵容器は、不活性ガスのヘリウムガスを封入・保持できる構造とすることにより、燃料被覆管の著しい腐食又は変形を防止できる設計とする。	使用済燃料乾式貯蔵容器は、不活性ガスのヘリウムガスを封入・保持できる構造とすることにより、燃料被覆管の著しい腐食又は変形を防止できる設計とする。 【26条56】	—	— (追加要求事項なし)
使用済燃料乾式貯蔵容器は、貯蔵容器本体、蓋部、バスケット等で構成され、これらの部材は、温度、放射線、荷重その他の条件に対し、適切な材料を選択するとともに必要な強度、性能を維持できる設計とする。	使用済燃料乾式貯蔵容器は、貯蔵容器本体、蓋部、バスケット等で構成され、これらの部材は、温度、放射線、荷重その他の条件に対し、適切な材料を選択するとともに必要な強度、性能を維持できる設計とする。 【26条57】	—	— (追加要求事項なし)
3. 計測装置等 使用済燃料その他高放射性の燃料体を貯蔵する水槽の水温を計測する装置として使用済燃料プール温度を設け、計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また、計測結果を記録できる設計とする。	3. 計測装置等 使用済燃料その他高放射性の燃料体を貯蔵する水槽の水温を計測する装置として使用済燃料プール温度を設け、計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また、計測結果を記録し、及び保存できる設計とする。 【34条32】	V-1-3-1 使用済燃料貯蔵槽の温度、水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 2.1 設計基準対象施設に関する使用済燃料プール温度及び使用済燃料プール水位の計測 3.2 使用済燃料貯蔵槽の温度及び水位を監視する装置の計測結果の記録及び保存	4. 使用済燃料プール監視の設計 (1) 設備仕様に係る設計 a. 使用済燃料プール監視に必要となる計測範囲に関する設計 b. 使用済燃料プール監視装置計測結果の指示又は表示、記録及び保存に関する設計 d. 使用済燃料プール監視装置のシステム構成の設計
使用済燃料その他高放射性の燃料体を貯蔵する水槽の水位を計測する装置として使用済燃料プール水位を設け、計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また、記録はプロセス計算機から帳票として出力できる設計とする。	使用済燃料その他高放射性の燃料体を貯蔵する水槽の水位を計測する装置として使用済燃料プール水位及び使用済燃料プール水位・温度(SA広域)を設け、計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また、記録はプロセス計算機から帳票として出力し保存できる設計とする。 【34条33】	V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設) V-1-3-1 使用済燃料貯蔵槽の温度、水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 2.1 設計基準対象施設に関する使用済燃料プール温度及び使用済燃料プール水位の計測 3.1 使用済燃料プール温度及び使用済燃料プール水位等を計測する装置 3.2 使用済燃料貯蔵槽の温度及び水位を監視する装置の計測結果の記録及び保存	4. 使用済燃料プール監視の設計 (1) 設備仕様に係る設計 a. 使用済燃料プール監視に必要となる計測範囲に関する設計 b. 使用済燃料プール監視装置計測結果の指示又は表示、記録及び保存に関する設計 d. 使用済燃料プール監視装置のシステム構成の設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		4. 使用済燃料貯蔵槽の温度及び水位を監視する装置の計測範囲及び警報動作範囲	
—	使用済燃料プール温度, 使用済燃料プール水位, 使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) は, 外部電源が使用できない場合においても非常用所内電源系からの電源供給により, 使用済燃料プールの水温及び水位を計測することができる設計とする。 【34条34】	V-1-3-1 使用済燃料貯蔵槽の温度, 水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 3.3 使用済燃料貯蔵槽の温度及び水位等を監視する装置の電源構成	4. 使用済燃料プール監視の設計 (1) 設備仕様に係る設計 c. 使用済燃料プール監視装置の電源構成に関する設計
使用済燃料プールの水位の著しい低下を確実に検出して自動的に中央制御室に警報 (使用済燃料プール水位低) を発信する装置を設けるとともに, 表示ランプの点灯及びブザー鳴動等により運転員に通報できる設計とする。	使用済燃料プールの水温の著しい上昇又は使用済燃料プールの水位の著しい低下の場合に, これらを確実に検出して自動的に中央制御室に警報 (使用済燃料プール水温高又は使用済燃料プール水位低) を発信する装置を設けるとともに, 表示ランプの点灯及びブザー鳴動等により運転員に通報できる設計とする。 【47条4】	V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設) V-1-3-1 使用済燃料貯蔵槽の温度, 水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 2.1 設計基準対象施設に関する使用済燃料プール温度及び使用済燃料プール水位の計測 3.1 使用済燃料プール温度及び使用済燃料プール水位等を計測する装置 4. 使用済燃料貯蔵槽の温度及び水位を監視する装置の計測範囲及び警報動作範囲	4. 使用済燃料プール監視の設計 (1) 設備仕様に係る設計 a. 使用済燃料プール監視に必要となる計測範囲に関する設計 b. 使用済燃料プール監視装置計測結果の指示又は表示, 記録及び保存に関する設計 d. 使用済燃料プール監視装置のシステム構成の設計
—	重大事故等時に使用済燃料プールの監視設備として, 使用済燃料プール水位・温度 (SA広域), 使用済燃料プール温度 (SA) を設け, 想定される重大事故等により変動する可能性のある範囲にわたり測定可能な設計とする。また, 計測結果は中央制御室に表示し, 記録及び保存できる設計とする。 【69条51】	V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設) V-1-3-1 使用済燃料貯蔵槽の温度, 水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 2.2 重大事故等対処設備に関する使用済燃料プール温度及び使用済燃料プール水位等の計測 3.1 使用済燃料プール温度及び使用済燃料プール水位等を計測する装置 4. 使用済燃料貯蔵槽の温度及び水位を監視する装置の計測範囲及び警報動作範囲	4. 使用済燃料プール監視の設計 (1) 設備仕様に係る設計 a. 使用済燃料プール監視に必要となる計測範囲に関する設計 b. 使用済燃料プール監視装置計測結果の指示又は表示, 記録及び保存に関する設計 d. 使用済燃料プール監視装置のシステム構成の設計
—	使用済燃料プール監視カメラ (個数1) は, 想定される重大事故等時において赤外線機能により使用済燃料プールの状況が把握できる設計とする。 【69条52】	V-1-3-1 使用済燃料貯蔵槽の温度, 水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 2.2 重大事故等対処設備に関する使用済燃料プール温度及び使用済燃料プール水位等の計測	4. 使用済燃料プール監視の設計 (1) 設備仕様に係る設計 d. 使用済燃料プール監視装置のシステム構成の設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		3.1 使用済燃料プール温度及び使用済燃料プール水位等を計測する装置	
—	使用済燃料プール水位・温度（SA広域）、使用済燃料プール温度（SA）及び使用済燃料プール監視カメラは、常設代替直流電源設備又は可搬型代替直流電源設備から給電が可能な設計とする。 【69条53】	V-1-3-1 使用済燃料貯蔵槽の温度、水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 3.3 使用済燃料貯蔵槽の温度及び水位等を監視する装置の電源構成	4. 使用済燃料プール監視の設計 (1) 設備仕様に係る設計 c. 使用済燃料プール監視装置の電源構成に関する設計
—	使用済燃料プール監視カメラの耐環境性向上のため、使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置（個数1、容量□L/min以上）を設ける設計とする。 【69条54】【73条4】	V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書（別添） V-1-3-1 使用済燃料貯蔵槽の温度、水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 3.1 使用済燃料プール温度及び使用済燃料プール水位等を計測する装置	4. 使用済燃料プール監視の設計 (1) 設備仕様に係る設計 d. 使用済燃料プール監視装置のシステム構成の設計
—	使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置は、常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備から給電が可能な設計とする。 【69条55】	V-1-3-1 使用済燃料貯蔵槽の温度、水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 3.3 使用済燃料貯蔵槽の温度及び水位等を監視する装置の電源構成	4. 使用済燃料プール監視の設計 (1) 設備仕様に係る設計 c. 使用済燃料プール監視装置の電源構成に関する設計
—	重大事故等が発生し、当該重大事故等に対処するために監視することが必要なパラメータとして、使用済燃料プールの監視に必要なパラメータを計測する装置を設ける設計とする。 【73条2】	—	— (冒頭宣言)
—	重大事故等が発生し、計測機器（非常用のものを含む。）の故障により、当該重大事故等に対処するために監視することが必要なパラメータを計測することが困難となった場合において、当該パラメータを推定するために必要なパラメータを計測する設備を設置する設計とする。 【73条1】 重大事故等に対処するために監視することが必要なパラメータは、炉心損傷防止対策及び格納容器破損防止対策等を成功させるために必要な発電用原子炉施設の状態を把握するためのパラメータとし、計測する装置は「表1 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の主要設備リスト」の「使用済燃料貯蔵槽の温度、水位及び漏えいを監視する装置」に示す重大事故	V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設） V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書（別添） V-1-3-1 使用済燃料貯蔵槽の温度、水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 3.1 使用済燃料プール温度及び使用済燃料プール水位等を計測する装置	4. 使用済燃料プール監視の設計 (1) 設備仕様に係る設計 a. 使用済燃料プール監視に必要となる計測範囲に関する設計 b. 使用済燃料プール監視装置計測結果の指示又は表示、記録及び保存に関する設計 d. 使用済燃料プール監視装置のシステム構成の設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>等対処設備の他、使用済燃料プール監視カメラ（個数1）とする。</p> <p>【73条3】</p>		
—	<p>炉心損傷防止対策及び格納容器破損防止対策等を成功させるために必要な発電用原子炉施設の状態を把握するためのパラメータを計測する装置は、設計基準事故等に想定される変動範囲の最大値を考慮し、適切に対応するための計測範囲を有する設計とするとともに、重大事故等が発生し、当該重大事故等に対処するために監視することが必要なパラメータの計測が困難となった場合に、代替パラメータにより推定ができる設計とする。</p> <p>【73条7】</p>	<p>V-1-3-1 使用済燃料貯蔵槽の温度、水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>4. 使用済燃料貯蔵槽の温度及び水位を監視する装置の計測範囲及び警報動作範囲</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>3. 系統施設毎の設計上の考慮</p>	<p>4. 使用済燃料プール監視の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>a. 使用済燃料プール監視に必要となる計測範囲に関する設計</p> <p>b. 使用済燃料プール監視装置計測結果の指示又は表示、記録及び保存に関する設計</p> <p>d. 使用済燃料プール監視装置のシステム構成の設計</p>
—	<p><u>また、重大事故等時に設計基準を超える状態における発電用原子炉施設の状態を把握するための能力（計測可能範囲）を明確にするとともに、パラメータの計測が困難となった場合の代替パラメータによる推定等、複数のパラメータの中から確からしさを考慮した優先順位を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【73条6】【73条8】</p>	<p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応。</p>	<p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>炉心損傷防止対策及び格納容器破損防止対策等を成功させるために必要な発電用原子炉施設の状態を把握するためのパラメータを計測する装置の電源は、非常用交流電源設備又は非常用直流電源設備の喪失等により計器電源が喪失した場合において、代替電源設備として常設代替交流電源設備、可搬型代替交流電源設備、所内常設直流電源設備、常設代替直流電源設備又は可搬型代替直流電源設備を使用できる設計とする。</p> <p>【73条9】</p>	<p>V-1-3-1 使用済燃料貯蔵槽の温度、水位及び漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>3.3 使用済燃料貯蔵槽の温度及び水位等を監視する装置の電源構成</p>	<p>4. 使用済燃料プール監視の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>c. 使用済燃料プール監視装置の電源構成に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>4. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備</p> <p>4.1 燃料プール冷却浄化系</p> <p>使用済燃料プールは、燃料プール冷却浄化系ポンプ、燃料プール冷却浄化系熱交換器、フィルタ脱塩器等で構成する燃料プール冷却浄化系を設け、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において、使用済燃料からの崩壊熱を除去するとともに、使用済燃料プール水を浄化できる設計とする。また、補給水ラインを設け、使用済燃料プール水の補給が可能な設計とする。</p> <p>さらに、全炉心燃料を使用済燃料プールに取り出した場合や燃料プール冷却浄化系で使用済燃料プール水の冷却ができない場合は、残留熱除去系を用いて使用済燃料からの崩壊熱を除去できる設計とする。</p> <p>燃料プール冷却浄化系熱交換器で除去した熱は、原子炉補機冷却系を経て、最終的な熱の逃がし場である海へ輸送できる設計とする。</p>	<p>4. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備</p> <p>4.1 燃料プール冷却浄化系</p> <p>使用済燃料プールは、燃料プール冷却浄化系ポンプ、燃料プール冷却浄化系熱交換器、フィルタ脱塩器等で構成する燃料プール冷却浄化系を設け、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において、使用済燃料からの崩壊熱を除去するとともに、使用済燃料プール水を浄化できる設計とする。また、補給水ラインを設け、使用済燃料プール水の補給が可能な設計とする。さらに、全炉心燃料を使用済燃料プールに取り出した場合や燃料プール冷却浄化系で使用済燃料プール水の冷却ができない場合は、残留熱除去系を用いて使用済燃料からの崩壊熱を除去できる設計とする。</p> <p>燃料プール冷却浄化系熱交換器で除去した熱は、原子炉補機冷却系を経て、最終的な熱の逃がし場である海へ輸送できる設計とする。</p> <p>【26条29】</p>	<p>核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>3.2.1 燃料プール冷却浄化系</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.3.1 残留熱除去系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>① 燃料プール冷却浄化系</p> <p>2.4 兼用を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.5 各機器固有の設計</p> <p>2.6 機能を兼用する機器を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の系統図に関する取りまとめ</p>
<p>—</p>	<p>4.2 代替燃料プール注水系</p> <p>使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能が喪失し、又は使用済燃料プールからの水の漏えいその他の要因により当該使用済燃料プールの水位が低下した場合において使用済燃料プール内の燃料体等を冷却し、放射線を遮蔽し、及び臨界を防止するために必要な重大事故等対処設備として代替燃料プール注水系を設ける設計とする。</p> <p>【69条1】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p> <p>V-1-3-5 使用済燃料貯蔵槽の水深の遮蔽能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プールにおける水遮蔽の評価</p>	<p>2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 代替燃料プール注水系</p> <p>2.4 兼用を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.5 各機器固有の設計</p> <p>2.6 機能を兼用する機器を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の系統図に関する取りまとめ</p> <p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p> <p>(3) 臨界防止に関する評価</p> <p>(4) 放射線遮蔽機能維持のための配管設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>また、使用済燃料プールからの大量の水の漏えいその他の要因により使用済燃料プールの水位が異常に低下した場合において、使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷の進行を緩和し、及び臨界を防止するために必要な重大事故等対処設備として代替燃料プール注水系を設ける設計とする。</p> <p>【69条2】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p> <p>V-1-3-5 使用済燃料貯蔵槽の水深の遮蔽能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プールにおける水遮蔽の評価</p>	<p>2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 代替燃料プール注水系</p> <p>2.4 兼用を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.5 各機器固有の設計</p> <p>2.6 機能を兼用する機器を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の系統図に関する取りまとめ</p> <p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p> <p>(3) 臨界防止に関する評価</p> <p>(4) 放射線遮蔽機能維持のための配管設計</p>
—	<p>使用済燃料プールに接続する配管の破損等により、使用済燃料プール水戻り配管からサイフォン現象による水の漏えいが発生した場合に、原子炉建屋原子炉棟 6 階における線量率が放射線被ばくを管理する上で定めた線量率を満足できるよう、漏えいの継続を防止し、燃料体等からの放射線の遮蔽に必要となる水位を維持するため、戻り配管上部に静的サイフォンブレーカを設ける設計とする。</p> <p>【69条3】</p>	<p>V-1-3-5 使用済燃料貯蔵槽の水深の遮蔽能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プールにおける水遮蔽の評価</p> <p>5. 遮蔽計算</p> <p>6. 静的サイフォンブレーカの詳細設計方針</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(4) 放射線遮蔽機能維持のための配管設計</p>
—	<p>静的サイフォンブレーカは、耐震性も含めて機器、弁類等の故障及び誤操作等によりその機能を喪失することのない設計とする。</p> <p>【69条4】</p>	<p>V-1-3-5 使用済燃料貯蔵槽の水深の遮蔽能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>6. 静的サイフォンブレーカの詳細設計方針</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(4) 放射線遮蔽機能維持のための配管設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>4.2.1 使用済燃料プール注水</p> <p>残留熱除去系（使用済燃料プール水の冷却及び補給）及び燃料プール冷却浄化系の有する使用済燃料プールの冷却機能喪失又は残留熱除去系ポンプによる使用済燃料プールへの補給機能が喪失し、又は使用済燃料プールに接続する配管の破断等による使用済燃料プール水の小規模な漏えいにより使用済燃料プールの水位が低下した場合に、使用済燃料プール内の燃料体等を冷却し、放射線を遮蔽し、及び臨界を防止するための重大事故等対処設備のうち使用済燃料プールへの注水設備として、注水ライン、常設スプレイヘッド及び可搬型スプレイノズルを使用した代替燃料プール注水系を設ける設計とする。</p> <p>【69条5】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p> <p>V-1-3-5 使用済燃料貯蔵槽の水深の遮蔽能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プールにおける水遮蔽の評価</p>	<p>2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 代替燃料プール注水系</p> <p>2.4 兼用を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.5 各機器固有の設計</p> <p>2.6 機能を兼用する機器を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の系統図に関する取りまとめ</p> <p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p> <p>(3) 臨界防止に関する評価</p> <p>(4) 放射線遮蔽機能維持のための配管設計</p>
—	<p>4.2.1.1 代替燃料プール注水系（注水ライン）を使用した使用済燃料プール注水</p> <p>(1) 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系（注水ライン）</p> <p>常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系（注水ライン）は、常設低圧代替注水系ポンプにより、代替淡水貯槽の水を代替燃料プール注水系配管等を経由して使用済燃料プールへ注水することにより、使用済燃料プールの水位を維持できる設計とする。</p> <p>【69条6】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p>	<p>2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 代替燃料プール注水系</p> <p>2.4 兼用を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.5 各機器固有の設計</p> <p>2.6 機能を兼用する機器を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の系統図に関する取りまとめ</p> <p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系（注水ライン）は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【69条7】</p>	<p>第1-4-1 図 単線結線図（1/5）</p> <p>第1-4-2 図 単線結線図（2/5）</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p>
—	<p>また、使用済燃料プールは、使用済燃料貯蔵ラックの形状を維持した状態において、常設代替注水系ポンプを使用した代替燃料プール注水系（注水ライン）による冷却及び水位確保により使用済燃料プールの機能を維持し、実効増倍率が最も高くなる冠水状態においても実効増倍率は不確定性を含めて0.95以下で臨界を防止できる設計とする。</p> <p>【69条8】</p>	<p>V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(3) 臨界防止に関する確認</p>
—	<p>(2) 可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系（注水ライン）</p> <p>可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系（注水ライン）は、可搬型代替注水中型ポンプ（直列2台）により西側淡水貯水設備の水を、可搬型代替注水大型ポンプにより代替淡水貯槽の水を代替燃料プール注水系配管等を経由して使用済燃料プールへ注水することにより、使用済燃料プールの水位を維持できる設計とする。</p> <p>【69条9】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p>	<p>2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 代替燃料プール注水系</p> <p>2.4 兼用を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.5 各機器固有の設計</p> <p>2.6 機能を兼用する機器を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の系統図に関する取りまとめ</p> <p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p>
—	<p>可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系（注水ライン）は、代替所内電気設備を経由し</p>	<p>第1-4-1 図 単線結線図（1/5）</p> <p>第1-4-2 図 単線結線図（2/5）</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>た常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【69条10】</p>		
—	<p>また、使用済燃料プールは、使用済燃料貯蔵ラックの形状を維持した状態において、可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプを使用した代替燃料プール注水系（注水ライン）による冷却及び水位確保により使用済燃料プールの機能を維持し、実効増倍率が最も高くなる冠水状態においても実効増倍率は不確定性を含めて0.95以下で臨界を防止できる設計とする。</p> <p>【69条11】</p>	<p>V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(3) 臨界防止に関する確認</p>
—	<p>可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。</p> <p>【69条12】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p>	<p>2. 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 代替燃料プール注水系</p> <p>2.4 兼用を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.5 各機器固有の設計</p> <p>2.6 機能を兼用する機器を含む核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の系統図に関する取りまとめ</p> <p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p>
—	<p>可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、想定される重大事故等時において、使用済燃料プール内の燃料体等を冷却し、放射線を遮蔽し、及び臨界を防止するために必要な注水流量を有する設計とする。</p> <p>【69条13】</p>	<p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p> <p>V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p> <p>(3) 臨界防止に関する評価</p> <p>(4) 放射線遮蔽機能維持のための配管設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		2. 基本方針 3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価 V-1-3-5 使用済燃料貯蔵槽の水深の遮蔽能力に関する説明書 2. 基本方針 3. 使用済燃料プールにおける水遮蔽の評価	
—	4.2.1.2 代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッド）を使用した使用済燃料プール注水 (1) 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッド） 常設低圧代替注水ポンプによる代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッド）は、常設低圧代替注水系ポンプにより、代替淡水貯蔵槽の水を代替燃料プール注水系配管等を経由して常設スプレイヘッドから使用済燃料プールへ注水することにより、使用済燃料プールの水位を維持できる設計とする。 【69条16】	V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設） V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設） V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書 2. 基本方針 3. 評価	5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計 5.1 代替燃料プール注水系の設計 (1) 設備仕様に係る設計 (2) 各機器固有の設計 c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計
—	常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッド）は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。 【69条17】	第1-4-1 図 単線結線図（1/5） 第1-4-2 図 単線結線図（2/5）	5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計 5.1 代替燃料プール注水系の設計 (1) 設備仕様に係る設計
—	また、使用済燃料プールは、使用済燃料貯蔵ラックの形状を維持した状態において、常設代替注水系ポンプを使用した代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッド）による冷却及び水位確保により使用済燃料プールの機能を維持し、実効増倍率が最も高くなる冠水状態においても実効増倍率は不確定性を含めて0.95以下で臨界を防止できる設計とする。 【69条18】	V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書 2. 基本方針 3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価	5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計 5.1 代替燃料プール注水系の設計 (3) 臨界防止に関する評価

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>(2) 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッダ）</p> <p>可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッダ）は、可搬型代替注水大型ポンプにより、代替淡水貯槽の水を代替燃料プール注水系配管等を経由して常設スプレイヘッダから使用済燃料プールへ注水することにより、使用済燃料プールの水位を維持できる設計とする。</p> <p>【69条19】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p>
—	<p>可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッダ）は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【69条20】</p>	<p>第1-4-1 図 単線結線図（1/5）</p> <p>第1-4-2 図 単線結線図（2/5）</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p>
—	<p>また、使用済燃料プールは、使用済燃料貯蔵ラックの形状を維持した状態において、可搬型代替注水大型ポンプを使用した代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッダ）による冷却及び水位確保により使用済燃料プールの機能を維持し、実効増倍率が最も高くなる冠水状態においても実効増倍率は不確定性を含めて0.95以下で臨界を防止できる設計とする。</p> <p>【69条21】</p>	<p>V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(3) 臨界防止に関する評価</p>
—	<p>可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。</p> <p>【69条22】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p>
—	<p>可搬型代替注水大型ポンプは、想定される重大事故等時において、使用済燃料プール内</p>	<p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>の燃料体等を冷却し、放射線を遮蔽し、及び臨界を防止するために必要な注水流量を有する設計とする。</p> <p>【69条23】</p>	<p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p> <p>V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価</p> <p>V-1-3-5 使用済燃料貯蔵槽の水深の遮蔽能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プールにおける水遮蔽の評価</p>	<p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p> <p>(3) 臨界防止に関する評価</p> <p>(4) 放射線遮蔽機能維持のための配管設計</p>
—	<p>4.2.1.3 代替燃料プール注水系（可搬型スプレインズル）を使用した使用済燃料プール注水</p> <p>可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系（可搬型スプレインズル）は、可搬型代替注水大型ポンプにより代替淡水貯槽の水をホース等を経由して可搬型スプレインズルから使用済燃料プールへ注水することにより、使用済燃料プールの水位を維持できる設計とする。</p> <p>【69条26】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p>
—	<p>また、使用済燃料プールは、使用済燃料貯蔵ラックの形状を維持した状態において、可搬型代替注水大型ポンプを使用した代替燃料プール注水系（可搬型スプレインズル）による冷却及び水位確保により使用済燃料プールの機能を維持し、実効増倍率が最も高くなる冠水状態においても実効増倍率は不確定性を含めて0.95以下で臨界を防止できる設計とする。</p> <p>【69条27】</p>	<p>V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(3) 臨界防止に関する評価</p>
—	<p>可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。</p> <p>【69条28】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設） V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書 2. 基本方針 3. 評価	c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計
—	可搬型代替注水大型ポンプは、想定される重大事故等時において、使用済燃料プール内の燃料体等を冷却し、放射線を遮蔽し、及び臨界を防止するために必要な注水流量を有する設計とする。 【69条29】	V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書 2. 基本方針 3. 評価 V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書 2. 基本方針 3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価 V-1-3-5 使用済燃料貯蔵槽の水深の遮蔽能力に関する説明書 2. 基本方針 3. 使用済燃料プールにおける水遮蔽の評価	5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計 5.1 代替燃料プール注水系の設計 (1) 設備仕様に係る設計 (2) 各機器固有の設計 c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計 (3) 臨界防止に関する評価 (4) 放射線遮蔽機能維持のための配管設計
—	4.2.2 使用済燃料プールスプレイ 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい等により使用済燃料プールの水位が異常に低下した場合に、燃料損傷を緩和するとともに、燃料損傷時には使用済燃料プール内の燃料体等の上部全面にスプレイすることによりできる限り環境への放射性物質の放出を低減するための重大事故等対処設備のうち使用済燃料プールスプレイ設備として、常設スプレイヘッダ及び可搬型スプレイノズルを使用した代替燃料プール注水系を設ける設計とする。 【69条32】	V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設） V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書 2. 基本方針 3. 評価	5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計 5.1 代替燃料プール注水系の設計 (1) 設備仕様に係る設計 (2) 各機器固有の設計 c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計 (3) 臨界防止に関する評価 (4) 放射線遮蔽機能維持のための配管設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>4.2.2.1 代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッド）を使用した使用済燃料プールスプレイ</p> <p>(1) 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッド）</p> <p>常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッド）は、常設低圧代替注水系ポンプにより、代替淡水貯槽の水を代替燃料プール注水系配管等を経由して常設スプレイヘッドから使用済燃料プール内の燃料体等に直接スプレイすることにより、燃料損傷を緩和するとともに、環境への放射性物質の放出をできる限り低減できるよう、使用済燃料プールの全面に向けてスプレイし、使用済燃料プール内に貯蔵している燃料体等からの崩壊熱による蒸散量を上回る量をスプレイできる設計とする。</p> <p>【69条33】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p>
—	<p>常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッド）は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【69条34】</p>	<p>第1-4-1 図 単線結線図（1/5）</p> <p>第1-4-2 図 単線結線図（2/5）</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p>
—	<p>使用済燃料プール内へのスプレイ量は、試験により確認する。また、使用済燃料プールは、常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッド）にて、使用済燃料貯蔵ラック及び燃料体等を冷却し、臨界にならないように配慮したラック形状及び燃料配置において、いかなる一様な水密度であっても実効増倍率は不確定性を含めて0.95以下で臨界を防止できる設計とする。</p> <p>【69条35】</p>	<p>V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(3) 臨界防止に関する評価</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>(2) 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)を使用した使用済燃料プールスプレイ</p> <p>可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)は、可搬型代替注水大型ポンプにより、代替淡水貯槽の水を代替燃料プール注水系配管等を経由して常設スプレイヘッドから使用済燃料プール内の燃料体等に直接スプレイすることにより、燃料損傷を緩和するとともに、環境への放射性物質の放出をできる限り低減できるよう、使用済燃料プールの全面に向けてスプレイし、使用済燃料プール内に貯蔵している燃料体等からの崩壊熱による蒸散量を上回る量をスプレイできる設計とする。</p> <p>【69条36】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設)</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p>
—	<p>可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【69条37】</p>	<p>第1-4-1図 単線結線図(1/5)</p> <p>第1-4-2図 単線結線図(2/5)</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p>
—	<p>使用済燃料プール内へのスプレイ量は、試験により確認する。また、使用済燃料プールは、可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系(常設スプレイヘッド)にて、使用済燃料貯蔵ラック及び燃料体等を冷却し、臨界にならないように配慮したラック形状及び燃料配置において、いかなる一様な水密度であっても実効増倍率は不確定性を含めて0.95以下で臨界を防止できる設計とする。</p> <p>【69条38】</p>	<p>V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(3) 臨界防止に関する評価</p>
—	<p>可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。</p> <p>【69条39】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設)</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p>	c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計
	<p>4.2.2.2 代替燃料プール注水系（可搬型スプレインノズル）を使用した使用済燃料プールスプレイ</p> <p>可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系（可搬型スプレインノズル）は、可搬型代替注水大型ポンプにより、代替淡水貯蔵槽の水をホース等を経由して可搬型スプレインノズルから使用済燃料プール内の燃料体等に直接スプレイすることにより、燃料損傷を緩和するとともに、環境への放射性物質の放出をできる限り低減できるよう使用済燃料プールの全面に向けてスプレイし、使用済燃料プール内に貯蔵している燃料体等からの崩壊熱による蒸散量を上回る量をスプレイできる設計とする。</p> <p>【69条42】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p>
	<p>使用済燃料プール内へのスプレイ量は、試験により確認する。また、使用済燃料プールは、可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系（可搬型スプレインノズル）にて、使用済燃料貯蔵ラック及び燃料体等を冷却し、臨界にならないように配慮したラック形状及び燃料配置において、いかなる一様な水密度であっても実効増倍率は不確定性を含めて0.95以下で臨界を防止できる設計とする。</p> <p>【69条43】</p>	<p>V-1-3-2 燃料取扱設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料貯蔵設備の核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 使用済燃料プール水漏えい時の未臨界性評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(3) 臨界防止に関する評価</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。</p> <p>【69条44】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 評価</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.1 代替燃料プール注水系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する設計</p>
—	<p>4.3 代替燃料プール冷却系</p> <p>使用済燃料プールから発生する水蒸気による悪影響を防止するための重大事故等対処設備として、代替燃料プール冷却系を設ける設計とする。</p> <p>【69条56】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>4. 代替燃料プール冷却系</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.2 代替燃料プール冷却系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 代替燃料プール冷却系による燃料の崩壊熱の除去に関する設計</p>
—	<p>代替燃料プール冷却系は、使用済燃料プールの水を代替燃料プール冷却系ポンプにより代替燃料プール冷却系熱交換器等を経由して循環させることで、使用済燃料プールを冷却できる設計とする。</p> <p>【69条57】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>4. 代替燃料プール冷却系</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.2 代替燃料プール冷却系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 代替燃料プール冷却系による燃料の崩壊熱の除去に関する設計</p>
—	<p>代替燃料プール冷却系は、非常用交流電源設備及び原子炉補機冷却系が機能喪失した場合でも、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備及び緊急用海水系を用いて、使用済燃料プールを除熱できる設計とする。</p> <p>【69条58】</p>	<p>V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書</p>	<p>5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計</p> <p>5.2 代替燃料プール冷却系の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>c. 代替燃料プール冷却系による燃料の崩壊熱の除去に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		2. 基本方針 4. 代替燃料プール冷却系 第1-4-1図 単線結線図(1/5) 第1-4-2図 単線結線図(2/5)	
—	代替燃料プール冷却系は、代替燃料プール冷却系ポンプ、代替燃料プール冷却系熱交換器、配管・弁類、計測制御装置等で構成し、緊急用海水ポンプにより代替燃料プール冷却系熱交換器に海水を送水することで、代替燃料プール冷却系熱交換器で発生した熱を最終的な熱の逃がし場である海へ輸送できる設計とする。 【69条59】	V-1-1-4-2 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設) V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設) V-1-3-4 使用済燃料貯蔵槽の冷却能力に関する説明書 2. 基本方針 4. 代替燃料プール冷却系	5. 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の設計 5.2 代替燃料プール冷却系の設計 (1) 設備仕様に係る設計 (2) 各機器固有の設計 c. 代替燃料プール冷却系による燃料の崩壊熱の除去に関する設計
—	4.4 原子炉建屋放水設備 4.4.1 大気への拡散抑制 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい等により使用済燃料プールの水位の異常な低下により、使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷に至った場合において、燃料損傷時にはできる限り環境への放射性物質の放出を低減するための重大事故等対処設備として、原子炉建屋放水設備を設ける設計とする。 【69条47】【70条1】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設) V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1 2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③ 原子炉格納容器安全設備 ・原子炉建屋放水設備 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計 2.6 各機器固有の設計 2.7 機能を兼用する機器を含む原子炉格納施設の系統図に関する取りまとめ

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>原子炉建屋放水設備は、可搬型代替注水大型ポンプにより海水を取水し、ホース等を経由して放水砲から原子炉建屋へ放水することにより、環境への放射性物質の放出を可能な限り低減できる設計とする。</p> <p>【69条48】【70条2】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ</p> <p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③ 原子炉格納容器安全設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 原子炉建屋放水設備 <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>2.7 機能を兼用する機器を含む原子炉格納施設の系統図に関する取りまとめ</p>
—	<p>可搬型代替注水大型ポンプ及び放水砲は、設置場所を任意に設定し、複数の方向から原子炉建屋に向けて放水できる設計とする。</p> <p>【70条2】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ</p> <p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	—	—	③ 原子炉格納容器安全設備 ・原子炉建屋放水設備 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計 2.6 各機器固有の設計 2.7 機能を兼用する機器を含む原子炉格納施設の系統図に関する取りまとめ
—	4.4.2 海洋への拡散抑制 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損に至った場合において、発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための重大事故等対処設備として、海洋拡散抑制設備を設ける設計とする。 【70条1】	V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書(別添) (汚濁防止膜(可搬型))	V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1 2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑦汚濁防止膜(可搬型) 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計 2.6 各機器固有の設計 2.7 機能を兼用する機器を含む原子炉格納施設の系統図に関する取りまとめ
—	海洋への放射性物質の拡散を抑制するための重大事故等対処設備として、海洋拡散抑制設備は、汚濁防止膜等で構成し、汚濁防止膜(可搬型)は、汚染水が発電所から海洋に流出する12箇所(雨水排水路集水桝9箇所及び放水路3箇所)に設置できる設計とする。 【70条5】	V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書(別添) (汚濁防止膜(可搬型))	V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1 2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑦汚濁防止膜(可搬型) 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計 2.6 各機器固有の設計 2.7 機能を兼用する機器を含む原子炉格納施設の系統図に関する取りまとめ
—	汚濁防止膜(可搬型)は、海洋への放射性物質の拡散を抑制するため、設置場所に応じた高さ及び幅を有する設計とする。必要数は、各設置場所に必要な幅に対して汚濁防止膜を二重に計2本設置することとし、雨水排水路集水桝9箇所の設置場所に計18本(高さ約3m、幅約3m(12本)、高さ約2m、幅約3m(6本))及び放水路3箇所の設置場所に計6本(高さ約4m、幅約4m(6本))の合計24本使用する設計とする。また、予備については、保守	V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書(別添) (汚濁防止膜(可搬型))	V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1 2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑦汚濁防止膜(可搬型) 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計 2.6 各機器固有の設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>点検は目視点検であり、保守点検中でも使用可能であるため、保守点検用は考慮せずに、破れ等の破損時の予備用として各設置場所に対して2本の計24本を保管することとし、予備を含めた保有数として設置場所12箇所分の合計48本を保管する。</p> <p>【70条6】</p>		2.7 機能を兼用する機器を含む原子炉格納施設の系統図に関する取りまとめ
<p>4.5 使用済燃料プールの水質維持</p> <p>使用済燃料プールは、使用済燃料からの崩壊熱を燃料プール冷却浄化系熱交換器で除去して使用済燃料プール水を冷却するとともに、燃料体の被覆が著しく腐食するおそれがないよう燃料プール冷却浄化系のフィルタ脱塩器で使用済燃料プール水をろ過脱塩して、使用済燃料プール、原子炉ウェル等の水の純度、透明度を維持できる設計とする。</p>	<p>4.5 使用済燃料プールの水質維持</p> <p>使用済燃料プールは、使用済燃料からの崩壊熱を燃料プール冷却浄化系熱交換器で除去して使用済燃料プール水を冷却するとともに、燃料体の被覆が著しく腐食するおそれがないよう燃料プール冷却浄化系のフィルタ脱塩器で使用済燃料プール水をろ過脱塩して、使用済燃料プール、原子炉ウェル等の水の純度、透明度を維持できる設計とする。</p> <p>【26条37】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>4.6 使用済燃料プール接続配管</p> <p>使用済燃料プール水の漏えいを防止するため、使用済燃料プールには排水口を設けない設計とし、使用済燃料プールに接続された配管には真空破壊弁を設け、配管が破損しても、サイフォン効果により、使用済燃料プール水が継続的に流出しない設計とする。</p>	<p>4.6 使用済燃料プール接続配管</p> <p>使用済燃料プール水の漏えいを防止するため、使用済燃料プールには排水口を設けない設計とし、使用済燃料プールに接続された配管には真空破壊弁を設け、配管が破損しても、サイフォン効果により、使用済燃料プール水が継続的に流出しない設計とする。</p> <p>【26条34】</p>	—	— (追加要求事項なし)
—	<p>4.7 水源、代替水源供給設備</p> <p>4.7.1 重大事故等の収束に必要な水源</p> <p>設計基準事故の収束に必要な水源とは別に、重大事故等の収束に必要な十分な量の水を有する水源を確保することに加えて、設計基準事故対処設備及び重大事故等対処設備に対して重大事故等の収束に必要な十分な水の量を供給するために必要な重大事故等対処設備として、代替淡水貯槽及び西側淡水貯水設備を重大事故等の収束に必要な水源として設ける設計とする。</p> <p>【71条1】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>また、これら重大事故等の収束に必要なとなる水源とは別に、代替淡水源として淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）を設ける設計とする。</p> <p>【71条2】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ
—	<p>代替淡水貯槽を水源として重大事故等の対応を実施する際には、西側淡水貯水設備を代替淡水源とし、西側淡水貯水設備を水源として重大事故等の対応を実施する際には、代替淡水貯槽を代替淡水源とする。また、淡水が枯渇した場合に、海を水源として利用できる設計とする。</p> <p>【71条3】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ
—	<p>代替淡水貯槽は、想定される重大事故等時において、使用済燃料プールの冷却又は注水に使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段である代替燃料プール注水系（注水ライン）、代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッド）及び代替燃料プール注水系（可搬型スプレイノズル）の水源として利用できる設計とする。</p> <p>【71条6】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ
—	<p>西側淡水貯水設備は、想定される重大事故等時において、使用済燃料プールの注水に使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段である代替燃料プール注</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>水系（注水ライン）の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条7】</p>		<ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ
—	<p>代替淡水源である淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）は、想定される重大事故等時において、代替淡水貯槽又は西側淡水貯水設備へ水を供給するための水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条10】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ
—	<p>海は、想定される重大事故等時において、淡水が枯渇した場合に、代替淡水貯槽又は西側淡水貯水設備へ水を供給するための水源であるとともに、使用済燃料プールの冷却又は注水に使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段である代替燃料プール注水系（注水ライン）、代替燃料プール注水系（常設スプレイヘッダ）及び代替燃料プール注水系（可搬型スプレイノズル）の水源として、また、原子炉建屋放水設備の水源として利用できる設計とする。</p> <p>【71条11】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ
—	<p>4.7.2 代替水源供給設備</p> <p>設計基準事故対処設備及び重大事故等対処設備に対して、重大事故等の収束に必要なとなる十分な量の水を供給するために必要な設備及び海を利用するために必要な設備として、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプを設ける設計とする。</p> <p>【71条4】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>重大事故等の収束に必要な水源である代替淡水貯槽へ淡水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水中型ポンプは、代替淡水源である西側淡水貯水設備、淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）の淡水を、可搬型代替注水大型ポンプは、淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）の淡水を代替淡水貯槽へ供給できる設計とする。</p> <p>また、淡水が枯渇した場合に、重大事故等の収束に必要な水源である代替淡水貯槽へ海水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、海水を代替淡水貯槽へ供給できる設計とする。</p> <p>【71条12】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ
—	<p>重大事故等の収束に必要な水源である西側淡水貯水設備へ淡水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水大型ポンプは、代替淡水源である代替淡水貯槽、淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）の淡水を西側淡水貯水設備へ供給できる設計とする。</p> <p>また、淡水が枯渇した場合に、重大事故等の収束に必要な水源である西側淡水貯水設備へ海水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水大型ポンプは、海水を西側淡水貯水設備へ供給できる設計とする。</p> <p>【71条13】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ
—	<p>可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。</p> <p>【71条14】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
			18.5 各機器固有の設計 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ
—	<p>代替水源及び代替淡水源からの移送ルートを確認するとともに、可搬型のホース、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプについては、複数箇所に分散して保管する。</p> <p>【71条5】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.1 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設</p>	<p>V-1-10-4 「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p> <p>18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ</p>
<p>5. 主要対象設備</p> <p>核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の対象となる主要な設備について、「表1 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の主要設備リスト」に示す。</p>	<p>5. 主要対象設備</p> <p>核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の対象となる主要な設備について、「表1 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の主要設備リスト」に示す。</p> <p>本施設の設備として兼用する場合に主要設備リストに記載されない設備については、「表2 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の兼用設備リスト」に示す。</p>	—	— (「主要設備リスト」及び「兼用リスト」による)

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-3 【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（原子炉冷却系統施
設）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：原子炉冷却系統施設（蒸気タービンを除く。）】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子力設備に関する技術基準を定める省令」, 「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
<p>第1章 共通項目</p> <p>1. 地盤等</p>	<p>第1章 共通項目</p> <p>1. 地盤等</p> <p>1.1 地盤</p> <p>設計基準対象施設のうち, 地震の発生によって生じるおそれがあるその安全機能の喪失に起因する放射線による公衆への影響の程度が特に大きい施設(以下「耐震重要施設」という。)の建物・構築物, 屋外重要土木構築物, 津波防護施設及び浸水防止設備並びに浸水防止設備又は津波監視設備が設置された建物・構築物について, 若しくは, 重大事故等対処施設のうち, 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設については, 自重や運転時の荷重等に加え, その供用中に大きな影響を及ぼすおそれがある地震動(以下「基準地震動S_s」という。)による地震力が作用した場合においても, 接地圧に対する十分な支持力を有する地盤に設置する。</p> <p>【4条1】【49条1】</p> <p>また, 上記に加え, 基準地震動S_sによる地震力が作用することによって弱面上のずれが発生しない地盤として, 設置(変更)許可を受けた地盤に設置する。</p> <p>【4条2】【49条2】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-3 地盤の支持性能に係る基本方針</p> <p>4. 極限支持力</p> <p>V-2-2 耐震設計上重要な設備を設置する施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-3 原子炉本体の耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-4 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-5 原子炉冷却系統施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-6 計測制御施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-7 放射性廃棄物の廃棄施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-8 放射線管理施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-9 原子炉格納施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-10 その他発電用原子炉の附属施設の耐震性についての計算書</p>	<p>2. 設計基準対象施設及び重大事故等対処施設の地盤の設計</p> <p>(1) 地盤の設計が必要な施設の選定</p> <p>(2) 地盤の支持性能に関する設計</p>
	<p>ここで, 屋外重要土木構築物とは, 耐震安全上重要な機器・配管系の間接支持機能, 若しくは非常時における海水の通水機能を求められる土木構築物をいう。</p> <p>【4条3】</p>	—	— (用語の定義のみ)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>設計基準対象施設のうち、耐震重要施設以外の建物・構築物及びその他の土木構造物については、自重や運転時の荷重等に加え、耐震重要度分類の各クラスに応じて算定する地震力が作用した場合、若しくは、重大事故等対処施設のうち、常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設については、自重や運転時の荷重等に加え、代替する機能を有する設計基準事故対処設備が属する耐震重要度分類の各クラスに応じて算定する地震力が作用した場合においても、接地圧に対する十分な支持力を有する地盤に設置する。</p> <p>【4条4】【49条3】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-3 地盤の支持性能に係る基本方針</p> <p>4. 極限支持力</p> <p>V-2-2 耐震設計上重要な設備を設置する施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-3 原子炉本体の耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-4 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-5 原子炉冷却系統施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-6 計測制御施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-7 放射性廃棄物の廃棄施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-8 放射線管理施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-9 原子炉格納施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-10 その他発電用原子炉の附属施設の耐震性についての計算書</p>	<p>2. 設計基準対象施設及び重大事故等対処施設の地盤の設計</p> <p>(2) 地盤の支持性能に関する設計</p>
	<p>設計基準対象施設のうち、耐震重要施設、若しくは、重大事故等対処施設のうち、常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設は、地震発生に伴う地殻変動によって生じる支持地盤の傾斜及び撓み並びに地震発生に伴う建物・構築物間の不等沈下、液状化及び揺すり込み沈下等の周辺地盤の変状により、その安全機能、若しくは、重大事故に至るおそれがある事故（運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故を除く。）又は重大事故（以下「重大事故等」という。）に対処するために必要な機能が損</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-3 地盤の支持性能に係る基本方針</p> <p>4. 極限支持力</p>	<p>2. 設計基準対象施設及び重大事故等対処施設の地盤の設計</p> <p>(2) 地盤の支持性能に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>なわれるおそれがない地盤として、設置(変更)許可を受けた地盤に設置する。</p> <p>【4条5】【49条4】</p>		
	<p>設計基準対象施設のうち、耐震重要施設、若しくは、重大事故等対処施設のうち、常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設は、将来活動する可能性のある断層等の露頭がない地盤として、設置(変更)許可を受けた地盤に設置する。</p> <p>【4条6】【49条5】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-3 地盤の支持性能に係る基本方針</p> <p>4. 極限支持力</p>	<p>2. 設計基準対象施設及び重大事故等対処施設の地盤の設計</p> <p>(2) 地盤の支持性能に関する設計</p>
	<p>設計基準対象施設のうち、Sクラスの施設(津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備を除く。)の地盤、若しくは、重大事故等対処施設のうち、常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物及び土木構造物の地盤の接地圧に対する支持力の許容限界について、自重や運転時の荷重等と基準地震動S_sによる地震力との組合せにより算定される接地圧が、安全上適切と認められる規格及び基準等による地盤の極限支持力度に対して妥当な余裕を有することを確認する。</p> <p>【4条7】【49条6】</p> <p>また、上記の設計基準対象施設にあつては、自重や運転時の荷重等と弾性設計用地震動S_dによる地震力又は静的地震力との組合せにより算定される接地圧について、安全上適切と認められる規格及び基準等による地盤の短期許容支持力度を許容限界とする。</p> <p>【4条8】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-3 地盤の支持性能に係る基本方針</p> <p>4. 極限支持力</p> <p>V-2-2 耐震設計上重要な設備を設置する施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-3 原子炉本体の耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-4 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-5 原子炉冷却系統施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-6 計測制御施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-7 放射性廃棄物の廃棄施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-8 放射線管理施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-9 原子炉格納施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-10 その他発電用原子炉の附属施設の耐震性についての計算書</p>	<p>2. 設計基準対象施設及び重大事故等対処施設の地盤の設計</p> <p>(2) 地盤の支持性能に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>屋外重要土木構造物、津波防護施設及び浸水防止設備並びに浸水防止設備又は津波監視設備が設置された建物・構築物の地盤においては、自重や運転時の荷重等と基準地震動S_sによる地震力との組合せにより算定される接地圧が、安全上適切と認められる規格及び基準等による地盤の極限支持力度に対して妥当な余裕を有することを確認する。</p> <p>【4条9】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-3 地盤の支持性能に係る基本方針 4. 極限支持力</p> <p>V-2-2 耐震設計上重要な設備を設置する施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-3 原子炉本体の耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-4 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-5 原子炉冷却系統施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-6 計測制御施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-7 放射性廃棄物の廃棄施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-8 放射線管理施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-9 原子炉格納施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-10 その他発電用原子炉の附属施設の耐震性についての計算書</p>	<p>2. 設計基準対象施設及び重大事故等対処施設の地盤の設計</p> <p>(2) 地盤の支持性能に関する設計</p>
	<p>設計基準対象施設のうち、Bクラス及びCクラスの施設の地盤、若しくは、常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物、機器・配管系及び土木構造物の地盤においては、自重や運転時の荷重等と、静的地震力及び動的地震力（Bクラスの共振影響検討に係るもの又はBクラスの施設の機能を代替する常設重大事故防止設備の共振影響検討に係るもの）との組合せにより算定される接地圧に対して、安全上適切と認められる規格及び基準等による地盤の短期許容支持力度を許</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-3 地盤の支持性能に係る基本方針 4. 極限支持力</p> <p>V-2-2 耐震設計上重要な設備を設置する施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-3 原子炉本体の耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-4 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の</p>	<p>2. 設計基準対象施設及び重大事故等対処施設の地盤の設計</p> <p>(2) 地盤の支持性能に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>容限界とする。 【4条10】【49条7】</p>	<p>耐震性についての計算書</p> <p>V-2-5 原子炉冷却系統施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-6 計測制御施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-7 放射性廃棄物の廃棄施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-8 放射線管理施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-9 原子炉格納施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-10 その他発電用原子炉の附属施設の耐震性についての計算書</p>	
<p>1.2 急傾斜地の崩壊の防止</p> <p>急傾斜地の崩壊による災害の防止に関する法律に基づき指定された急傾斜地崩壊危険区域でない地域に設備を施設する。</p>	<p>1.2 急傾斜地の崩壊の防止</p> <p>急傾斜地の崩壊による災害の防止に関する法律に基づき指定された急傾斜地崩壊危険区域でない地域に設備を施設する。 【10条1】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>2. 自然現象</p> <p>2.1 地震による損傷の防止</p> <p>2.1.1 耐震設計</p> <p>(1) 耐震設計の基本方針</p> <p>耐震設計は、以下の項目に従って行う。</p> <p>a. 耐震重要施設は、その供用中に当該耐震重要施設に大きな影響を及ぼすおそれがある地震(設置(変更)許可を受けた基準地震動(以下「基準地震動」という。))による加速度によって作用する地震力に対して、その安全機能が損なわれるおそれがない設計とする。</p>	<p>2. 自然現象</p> <p>2.1 地震による損傷の防止</p> <p>2.1.1 耐震設計</p> <p>(1) 耐震設計の基本方針</p> <p>耐震設計は、以下の項目に従って行う。</p> <p>a. 耐震重要施設は、その供用中に当該耐震重要施設に大きな影響を及ぼすおそれがある地震(設置(変更)許可を受けた基準地震動S_s(以下「基準地震動S_s」という。))による加速度によって作用する地震力に対して、その安全機能が損なわれるおそれがない設計とする。 【5条1】</p> <p>重大事故等対処施設のうち、常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設(特定重大</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>V-2-1-4 重要度分類及び重大事故等対処施設の施設区分の基本方針</p> <p>2. 設計基準対象施設の重要度分類</p> <p>2.1 耐震設計上の重要度分類</p> <p>2.2 発電用原子炉施設の区分</p> <p>4. 重大事故等対処施設の設備の分類</p> <p>4.1 耐震設計上の設備の分類</p> <p>4.2 重大事故等対処施設の区分</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.4 耐震設計を行う設備の抽出</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>事故等対処施設を除く。)は、基準地震動S_sによる地震力に対して、重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがない設計とする。</p> <p>【50条2】【50条5】</p>		
<p>b. 設計基準対象施設は、地震により発生するおそれがある安全機能の喪失(地震に伴って発生するおそれがある津波及び周辺斜面の崩壊等による安全機能の喪失を含む。)及びそれに続く放射線による公衆への影響を防止する観点から、各施設の安全機能が喪失した場合の影響の相対的な程度(以下「耐震重要度」という。)に応じて、Sクラス、Bクラス又はCクラスに分類(以下「耐震重要度分類」という。)し、それぞれに応じた地震力に十分耐えられる設計とする。</p>	<p>b. 設計基準対象施設は、地震により発生するおそれがある安全機能の喪失(地震に伴って発生するおそれがある津波及び周辺斜面の崩壊等による安全機能の喪失を含む。)及びそれに続く放射線による公衆への影響を防止する観点から、各施設の安全機能が喪失した場合の影響の相対的な程度(以下「耐震重要度」という。)に応じて、Sクラス、Bクラス又はCクラスに分類(以下「耐震重要度分類」という。)し、それぞれに応じた地震力に十分耐えられる設計とする。</p> <p>【5条2】</p> <p>重大事故等対処施設については、施設の各設備が有する重大事故等に対処するために必要な機能及び設置状態を踏まえて、常設耐震重要重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設、常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設(特定重大事故等対処施設を除く。)、常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設(特定重大事故等対処施設を除く。)及び可搬型重大事故等対処設備に分類する。</p> <p>【50条1】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>V-2-1-4 重要度分類及び重大事故等対処施設の施設区分の基本方針</p> <p>2. 設計基準対象施設の重要度分類</p> <p>2.1 耐震設計上の重要度分類</p> <p>2.2 発電用原子炉施設の区分</p> <p>4. 重大事故等対処施設の設備の分類</p> <p>4.1 耐震設計上の設備の分類</p> <p>4.2 重大事故等対処施設の区分</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.4 耐震設計を行う設備の抽出</p>
	<p>重大事故等対処施設のうち、常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設(特定重大事故等対処施設を除く。)は、代替する機能を有する設計基準事故対処設備が属する耐震重要度分類のクラスに適用される地震力に十分に耐えることができる設計とする。</p> <p>【50条3】</p> <p>常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>V-2-1-4 重要度分類及び重大事故等対処施設の施設区分の基本方針</p> <p>2. 設計基準対象施設の重要度分類</p> <p>2.1 耐震設計上の重要度分類</p> <p>2.2 発電用原子炉施設の区分</p> <p>4. 重大事故等対処施設の設備の分類</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.4 耐震設計を行う設備の抽出</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>処施設と常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の両方に属する重大事故等対処施設については、基準地震動S_sによる地震力を適用するものとする。</p> <p>なお、特定重大事故等対処施設に該当する施設は本申請の対象外である。</p> <p>【50条7】</p>	<p>4.1 耐震設計上の設備の分類</p> <p>4.2 重大事故等対処施設の区分</p>	
<p>c. 建物・構築物とは、建物、構築物及び土木構造物（屋外重要土木構造物及びその他の土木構造物）の総称とする。</p> <p>また、屋外重要土木構造物とは、耐震安全上重要な機器・配管系の間接支持機能、若しくは非常用における海水の通水機能を求められる土木構造物をいう。</p>	<p>c. 建物・構築物とは、建物、構築物及び土木構造物（屋外重要土木構造物及びその他の土木構造物）の総称とする。</p> <p>また、屋外重要土木構造物とは、耐震安全上重要な機器・配管系の間接支持機能、若しくは非常用における海水の通水機能を求められる土木構造物をいう。</p> <p>【5条3】</p>	—	設計対象外 (用語の定義)
<p>d. Sクラスの施設(f.に記載のものを除く。)は、基準地震動による地震力に対してその安全機能が保持できる設計とする。</p> <p>建物・構築物については、構造物全体としての変形能力(終局耐力時の変形)に対して十分な余裕を有し、建物・構築物の終局耐力に対し妥当な安全余裕を有する設計とする。</p> <p>機器・配管系については、その施設に要求される機能を保持する設計とし、塑性ひずみが生じる場合であっても、その量が小さなレベルに留まって破断延性限界に十分な余裕を有し、その施設に要求される機能に影響を及ぼさない、また、動的機器等については、基準地震動による応答に対してその設備に要求される機能を保持する設計とする。</p> <p>また、設置(変更)許可を受けた弾性設計用の地震動(以下「弾性設計用地震動」という。)による地震力又は静的地震力のいずれか大きい方の地震力に対して、おおむね弾性状態に留</p>	<p>d. Sクラスの施設(f.に記載のものを除く。)は、基準地震動S_sによる地震力に対してその安全機能が保持できる設計とする。</p> <p>建物・構築物については、構造物全体としての変形能力(終局耐力時の変形)に対して十分な余裕を有し、建物・構築物の終局耐力に対し妥当な安全余裕を有する設計とする。</p> <p>機器・配管系については、その施設に要求される機能を保持する設計とし、塑性ひずみが生じる場合であっても、その量が小さなレベルに留まって破断延性限界に十分な余裕を有し、その施設に要求される機能に影響を及ぼさない、また、動的機器等については、基準地震動S_sによる応答に対してその設備に要求される機能を保持する設計とする。なお、動的機能が要求される機器については、当該機器の構造、動作原理等を考慮した評価を行い、既往の研究等で機能維持の確認がなされた機能確認済加速度等を超えていないことを確認する。</p> <p>また、設置(変更)許可を受けた弾性設計用地震動S_d(以下「弾性設計用地震動S_d」という。)による地震力又は静的地震力のいずれか大きい方の地震力に対して、おおむね弾性</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>3. 構造強度</p> <p>3.1 構造強度上の制限</p> <p>3.2 変位、変形の制限</p> <p>4. 機能維持</p> <p>4.1 動的機能維持</p> <p>4.2 電氣的機能維持</p> <p>4.3 気密性の維持</p> <p>4.4 止水性の維持</p> <p>4.5 遮蔽性の維持</p> <p>4.6 支持機能の維持</p> <p>4.7 通水機能及び貯水機能の維持</p> <p>V-2-2 耐震設計上重要な設備を設置する施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-3 原子炉本体の耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-4 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の耐震性についての計算書</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>まる範囲で耐えられる設計とする。</p>	<p>状態に留まる範囲で耐えられる設計とする。</p> <p>【5条4】</p> <p>建物・構築物については、発生する応力に対して、建築基準法等の安全上適切と認められる規格及び基準による許容応力度を許容限界とする。</p> <p>機器・配管系については、応答が全体的におおむね弾性状態に留まる設計とする。</p> <p>【5条5】【50条4】</p> <p>常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設（特定重大事故等対処施設を除く。）は、基準地震動S_sによる地震力に対して、重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがない設計とする。</p> <p>【50条2】【50条5】（再掲）</p> <p>建物・構築物については、構造物全体としての変形能力（終局耐力時の変形）について十分な余裕を有し、建物・構築物の終局耐力に対し妥当な安全余裕を有する設計とする。</p> <p>機器・配管系については、その施設に要求される機能を保持する設計とし、塑性ひずみが生じる場合であっても、その量が小さなレベルに留まって破断延性限界に十分な余裕を有し、その施設に要求される機能に影響を及ぼさない、また、動的機器等については、基準地震動S_sによる応答に対して、その設備に要求される機能を保持する設計とする。なお、動的機能が要求される機器については、当該機器の構造、動作原理等を考慮した評価を行い、既往の研究等で機能維持の確認がなされた機能確認済加速度等を超えていないことを確認する。</p> <p>【50条6】</p>	<p>V-2-5 原子炉冷却系統施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-6 計測制御施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-7 放射性廃棄物の廃棄施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-8 放射線管理施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-9 原子炉格納施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-10 その他発電用原子炉の附属施設の耐震性についての計算書</p>	
<p>e. Sクラスの施設（f.に記載のものを除く。）について、静的地震力は、水平地震力と鉛直地震力が同時に不利な方向の組合せで作用するものとする。</p>	<p>e. Sクラスの施設（f.に記載のものを除く。）について、静的地震力は、水平地震力と鉛直地震力が同時に不利な方向の組合せで作用するものとする。</p> <p>また、基準地震動S_s及び弾性設計用地震動</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>V-2-1-8 水平2方向及び鉛直方向地震力の組</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p> <p>(4) 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せ</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>S_aによる地震力は、水平2方向及び鉛直方向について適切に組み合わせて算定するものとする。</p> <p>【5条6】</p> <p>常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設については、基準地震動S_s及び弾性設計用地震動S_aによる地震力は水平2方向及び鉛直方向について適切に組み合わせて算定するものとする。</p> <p>【50条8】</p>	<p>合せに関する影響評価方針</p> <p>2. 基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>3. 構造強度</p> <p>4. 機能維持</p> <p>V-2-別添3-6 可搬型重大事故等対処設備の水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価結果</p>	<p>に関する影響評価方針</p>
<p>f. 屋外重要土木構造物は、基準地震動による地震力に対して、構造物全体として変形能力（終局耐力時の変形）について十分な余裕を有するとともに、それぞれの施設及び設備に要求される機能が保持できる設計とする。</p>	<p>f. 屋外重要土木構造物、津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備並びに浸水防止設備又は津波監視設備が設置された建物・構築物は、基準地震動S_sによる地震力に対して、構造物全体として変形能力（終局耐力時の変形）について十分な余裕を有するとともに、それぞれの施設及び設備に要求される機能が保持できる設計とする。</p> <p>【5条7】【50条10】</p> <p>常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の土木構造物は、基準地震動S_sによる地震力に対して、重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがない設計とする。</p> <p>【50条9】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>V-2-1-8 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価方針</p> <p>2. 基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>3. 構造強度</p> <p>3.1 構造強度上の制限</p> <p>3.2 変位、変形の制限</p> <p>4. 機能維持</p> <p>4.1 動的機能維持</p> <p>4.2 電気的機能維持</p> <p>4.3 気密性の維持</p> <p>4.4 止水性の維持</p> <p>4.5 遮蔽性の維持</p> <p>4.6 支持機能の維持</p> <p>4.7 通水機能及び貯水機能の維持</p> <p>V-2-2 耐震設計上重要な設備を設置する施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-3 原子炉本体の耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-4 核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設の耐震性についての計算書</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p> <p>(4) 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		V-2-5 原子炉冷却系統施設の耐震性についての計算書 V-2-6 計測制御施設の耐震性についての計算書 V-2-7 放射性廃棄物の廃棄施設の耐震性についての計算書 V-2-8 放射線管理施設の耐震性についての計算書 V-2-9 原子炉格納施設の耐震性についての計算書 V-2-10 その他発電用原子炉の附属施設の耐震性についての計算書 V-2-別添3-6 可搬型重大事故等対処設備の水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せ	
<p>g. Bクラスの施設は、静的地震力に対しておおむね弾性状態に留まる範囲で耐えられる設計とする。</p> <p>また、共振のおそれのある施設については、その影響についての検討を行う。その場合、検討に用いる地震動は、弾性設計用地震動に2分の1を乗じたものとする。</p> <p>Cクラスの施設は、静的地震力に対しておおむね弾性状態に留まる範囲で耐えられる設計とする。</p>	<p>g. Bクラスの施設は、静的地震力に対しておおむね弾性状態に留まる範囲で耐えられる設計とする。</p> <p>また、共振のおそれのある施設については、その影響についての検討を行う。その場合、検討に用いる地震動は、弾性設計用地震動S_dに2分の1を乗じたものとする。当該地震動による地震力は、水平2方向及び鉛直方向について適切に組み合わせて算定するものとする。</p> <p>【5条8】</p> <p>Cクラスの施設は、静的地震力に対しておおむね弾性状態に留まる範囲で耐えられる設計とする。</p> <p>【5条9】</p> <p>常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設は、上記に示す、代替する機能を有する設計基準事故対処設備が属する耐震重要度分</p>	V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1-1 耐震設計の基本方針 2.1 基本方針 V-2-1-8 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価方針 2. 基本方針 V-2-1-9 機能維持の基本方針 3. 構造強度 3.1 構造強度上の制限 3.2 変位、変形の制限 4. 機能維持 4.1 動的機能維持 4.2 電氣的機能維持 4.3 気密性の維持 4.4 止水性の維持 4.5 遮蔽性の維持	4. 地震による損傷防止に関する設計 4.1 耐震設計の基本方針 4.5 耐震設計方針の明確化 (2) 機能維持の基本方針 (4) 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価方針

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>類のクラスに適用される地震力に対して、おおむね弾性状態に留まる範囲で耐えられる設計とする。</p> <p>【50条11】</p>	<p>4.6 支持機能の維持</p> <p>4.7 通水機能及び貯水機能の維持</p> <p>V-2-別添3-6 可搬型重大事故等対処設備の水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価結果</p>	
	<p>h. 耐震重要施設及び常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設が、それ以外の発電所内にある施設（資機材等含む。）の波及的影響によって、その安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能を損なわない設計とする。</p> <p>【5条10】【50条12】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-5 波及的影響に係る基本方針</p> <p>3. 波及的影響を考慮した施設の設計方針</p> <p>4. 波及的影響の設計対象とする下位クラス施設</p> <p>5. 波及的影響の設計対象とする下位クラス施設の耐震設計方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(3) 波及的影響に係る基本方針</p>
	<p>i. 可搬型重大事故等対処設備については、地震による周辺斜面の崩壊等の影響を受けないように「5.1.5 環境条件等」に基づく設計とする。</p> <p>【50条13】</p>	—	— (冒頭宣言)
	<p>j. 緊急時対策所建屋の耐震設計の基本方針については、「(6) 緊急時対策所建屋」に示す。</p> <p>【50条14】</p>	—	— (冒頭宣言)
<p>(2) 耐震重要度分類</p> <p>a. 耐震重要度分類</p> <p>設計基準対象施設の耐震重要度を以下のとおり分類する。</p> <p>(a) Sクラスの施設</p> <p>地震により発生するおそれがある事象に対して、原子炉を停止し、炉心を冷却するために必要な機能を持つ施設、自ら放射性物質を内蔵している施設、当該施設に直接関係しておりその機能喪失により放射性物質を外部に拡散する可能性のある施設、これらの施設の機能喪失により事故に至った場合の影響を緩和し、放射線による公衆への影響を軽減するために必要な機能を持つ施設及びこれらの重要な安全機能を支援するために必要となる施設、並びに地震に伴って発生するおそれがある津波による</p>	<p>(2) 耐震重要度分類及び重大事故等対処施設の設備分類</p> <p>a. 耐震重要度分類</p> <p>設計基準対象施設の耐震重要度を以下のとおり分類する。</p> <p>(a) Sクラスの施設</p> <p>地震により発生するおそれがある事象に対して、原子炉を停止し、炉心を冷却するために必要な機能を持つ施設、自ら放射性物質を内蔵している施設、当該施設に直接関係しておりその機能喪失により放射性物質を外部に拡散する可能性のある施設、これらの施設の機能喪失により事故に至った場合の影響を緩和し、放射線による公衆への影響を軽減するために必要な機能を持つ施設及びこれらの重要な安全機能を支援するために必要となる施設、並びに地震に伴って発生するおそれがあ</p>	—	— (用語の定義のみ)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>安全機能の喪失を防止するために必要となる施設であって、その影響が大きいものであり、次の施設を含む。</p> <ul style="list-style-type: none"> 原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する機器・配管系 使用済燃料を貯蔵するための施設 原子炉の緊急停止のために急激に負の反応度を付加するための施設、及び原子炉の停止状態を維持するための施設 原子炉停止後、炉心から崩壊熱を除去するための施設 原子炉冷却材圧力バウンダリ破損事故後、炉心から崩壊熱を除去するための施設 原子炉冷却材圧力バウンダリ破損事故の際に、圧力障壁となり放射性物質の放散を直接防ぐための施設 放射性物質の放出を伴うような事故の際に、その外部放散を抑制するための施設であり、上記の「放射性物質の放散を直接防ぐための施設」以外の施設 	<p>る津波による安全機能の喪失を防止するために必要となる施設であって、その影響が大きいものであり、次の施設を含む。</p> <ul style="list-style-type: none"> 原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する機器・配管系 使用済燃料を貯蔵するための施設 原子炉の緊急停止のために急激に負の反応度を付加するための施設、及び原子炉の停止状態を維持するための施設 原子炉停止後、炉心から崩壊熱を除去するための施設 原子炉冷却材圧力バウンダリ破損事故後、炉心から崩壊熱を除去するための施設 原子炉冷却材圧力バウンダリ破損事故の際に、圧力障壁となり放射性物質の放散を直接防ぐための施設 放射性物質の放出を伴うような事故の際に、その外部放散を抑制するための施設であり、上記の「放射性物質の放散を直接防ぐための施設」以外の施設 津波防護施設及び浸水防止設備 津波監視設備 <p>【5条11】</p>	—	— (用語の定義のみ)
<p>(b) Bクラスの施設</p> <p>安全機能を有する施設のうち、機能喪失した場合の影響がSクラス施設と比べ小さい施設であり、次の施設を含む。</p> <ul style="list-style-type: none"> 原子炉冷却材圧力バウンダリに直接接続されていて、1次冷却材を内蔵しているか又は内蔵し得る施設 放射性廃棄物を内蔵している施設（ただし、内蔵量が少ない又は貯蔵方式により、その破損により公衆に与える放射線の影響が「実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（昭和53年通商産業省令第77号）」第2条第2項第6号に規定する「周辺監視区域」外における年間の線量限度に比べ十分小さいものは除く。） 放射性廃棄物以外の放射性物質に関連し 	<p>(b) Bクラスの施設</p> <p>安全機能を有する施設のうち、機能喪失した場合の影響がSクラス施設と比べ小さい施設であり、次の施設を含む。</p> <ul style="list-style-type: none"> 原子炉冷却材圧力バウンダリに直接接続されていて、1次冷却材を内蔵しているか又は内蔵し得る施設 放射性廃棄物を内蔵している施設（ただし、内蔵量が少ない又は貯蔵方式により、その破損により公衆に与える放射線の影響が「実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（昭和53年通商産業省令第77号）」第2条第2項第6号に規定する「周辺監視区域」外における年間の線量限度に比べ十分小さいものは除く。） 放射性廃棄物以外の放射性物質に関連し 	—	— (用語の定義のみ)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>た施設で、その破損により、公衆及び従事者に過大な放射線被ばくを与える可能性のある施設</p> <ul style="list-style-type: none"> ・使用済燃料を冷却するための施設 ・放射性物質の放出を伴うような場合に、その外部放散を抑制するための施設で、Sクラスに属さない施設 	<p>た施設で、その破損により、公衆及び従事者に過大な放射線被ばくを与える可能性のある施設</p> <ul style="list-style-type: none"> ・使用済燃料を冷却するための施設 ・放射性物質の放出を伴うような場合に、その外部放散を抑制するための施設で、Sクラスに属さない施設 <p>【5条12】</p>		
<p>(c) Cクラスの施設</p> <p>Sクラスに属する施設及びBクラスに属する施設以外の一般産業施設又は公共施設と同等の安全性が要求される施設である。</p> <p>上記に基づくクラス別施設を第2.1.1表に示す。</p> <p>なお、同表には当該施設を支持する構造物の支持機能が維持されることを確認する地震動及び波及的影響を考慮すべき施設に適用する地震動についても併記する。</p>	<p>(c) Cクラスの施設</p> <p>Sクラスに属する施設及びBクラスに属する施設以外の一般産業施設又は公共施設と同等の安全性が要求される施設である。</p> <p>上記に基づくクラス別施設を第2.1.1表に示す。</p> <p>なお、同表には当該施設を支持する構造物の支持機能が維持されることを確認する地震動及び波及的影響を考慮すべき施設に適用する地震動についても併記する。</p> <p>【5条13】</p>	—	— (用語の定義のみ)
	<p>b. 重大事故等対処施設の設備分類</p> <p>重大事故等対処施設について、施設の各設備が有する重大事故等に対処するために必要な機能及び設置状態を踏まえて、以下の設備分類に応じて設計する。</p> <p>(a) 常設重大事故防止設備</p> <p>重大事故等対処設備のうち、重大事故に至るおそれがある事故が発生した場合であって、設計基準事故対処設備の安全機能又は使用済燃料プールの冷却機能若しくは注水機能が喪失した場合において、その喪失した機能(重大事故に至るおそれがある事故に対処するために必要な機能に限る。)を代替することにより重大事故の発生を防止する機能を有する設備であって常設のもの</p> <p>イ. 常設耐震重要重大事故防止設備</p> <p>常設重大事故防止設備であって、耐震重要施設に属する設計基準事故対処設備が有する機能を代替するもの</p> <p>ロ. 常設耐震重要重大事故防止設備以外の常</p>	—	— (用語の定義のみ)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	設重大事故防止設備 常設重大事故防止設備であって、イ.以外のもの 【50条15】		
	(b) 常設重大事故緩和設備 重大事故等対処設備のうち、重大事故が発生した場合において、当該重大事故の拡大を防止し、又はその影響を緩和するための機能を有する設備であって常設のもの (c) 可搬型重大事故等対処設備 重大事故等対処設備であって可搬型のもの 重大事故等対処設備のうち、耐震評価を行う主要設備の設備分類について、第2.1.2表に示す。 【50条16】	—	— (用語の定義のみ)
(3) 地震力の算定方法 耐震設計に用いる地震力の算定は以下の方法による。 a. 静的地震力 設計基準対象施設に適用する静的地震力は、Sクラス、Bクラス及びCクラスの施設に適用することとし、それぞれ耐震重要度分類に応じて次の地震層せん断力係数 C_i 及び震度に基づき算定する。	(3) 地震力の算定方法 耐震設計に用いる地震力の算定は以下の方法による。 a. 静的地震力 設計基準対象施設に適用する静的地震力は、Sクラスの施設(津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備を除く。)、Bクラス及びCクラスの施設に適用することとし、それぞれ耐震重要度分類に応じて次の地震層せん断力係数 C_i 及び震度に基づき算定する。 【5条14】 重大事故等対処施設については、常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設に、代替する機能を有する設計基準事故対処設備が属する耐震重要度分類のクラスに適用される静的地震力を適用する。 【50条17】	V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1-1 耐震設計の基本方針の概要 4.1 地震力の算定法	4. 地震による損傷防止に関する設計 4.1 耐震設計の基本方針
(a) 建物・構築物 水平地震力は、地震層せん断力係数 C_i に、次に示す施設の耐震重要度分類に応じた係数を乗じ、さらに当該層以上の重量を乗じて算定するものとする。 Sクラス 3.0	(a) 建物・構築物 水平地震力は、地震層せん断力係数 C_i に、次に示す施設の耐震重要度分類に応じた係数を乗じ、さらに当該層以上の重量を乗じて算定するものとする。 Sクラス 3.0	V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1-1 耐震設計の基本方針 4.1 地震力の算定法	4. 地震による損傷防止に関する設計 4.1 耐震設計の基本方針

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>Bクラス 1.5 Cクラス 1.0</p> <p>ここで、地震層せん断力係数C_iは、標準せん断力係数C_oを0.2以上とし、建物・構築物の振動特性、地盤の種類等を考慮して求められる値とする。</p> <p>また、必要保有水平耐力の算定においては、地震層せん断力係数C_iに乗じる施設の耐震重要度分類に応じた係数は、Sクラス、Bクラス及びCクラスともに1.0とし、その際に用いる標準せん断力係数C_oは1.0以上とする。</p> <p>Sクラスの施設については、水平地震力と鉛直地震力が同時に不利な方向の組合せで作用するものとする。鉛直地震力は、震度0.3以上を基準とし、建物・構築物の振動特性、地盤の種類等を考慮し、高さ方向に一定として求めた鉛直震度より算定するものとする。</p> <p>ただし、土木建造物の静的地震力は、安全上適切と認められる規格及び基準を参考に、Cクラスに適用される静的地震力を適用する。</p>	<p>Bクラス 1.5 Cクラス 1.0</p> <p>ここで、地震層せん断力係数C_iは、標準せん断力係数C_oを0.2以上とし、建物・構築物の振動特性、地盤の種類等を考慮して求められる値とする。</p> <p>また、必要保有水平耐力の算定においては、地震層せん断力係数C_iに乗じる施設の耐震重要度分類に応じた係数は、Sクラス、Bクラス及びCクラスともに1.0とし、その際に用いる標準せん断力係数C_oは1.0以上とする。</p> <p>Sクラスの施設については、水平地震力と鉛直地震力が同時に不利な方向の組合せで作用するものとする。鉛直地震力は、震度0.3以上を基準とし、建物・構築物の振動特性、地盤の種類等を考慮し、高さ方向に一定として求めた鉛直震度より算定するものとする。</p> <p>ただし、土木建造物の静的地震力は、安全上適切と認められる規格及び基準を参考に、Cクラスに適用される静的地震力を適用する。</p> <p>【5条15】</p>		
<p>(b) 機器・配管系</p> <p>静的地震力は、上記(a)に示す地震層せん断力係数C_iに施設の耐震重要度分類に応じた係数を乗じたものを水平震度として、当該水平震度及び上記(a)の鉛直震度をそれぞれ20%増しとした震度より求めるものとする。</p> <p>Sクラスの施設については、水平地震力と鉛直地震力は同時に不利な方向の組合せで作用するものとする。ただし、鉛直震度は高さ方向に一定とする。</p>	<p>(b) 機器・配管系</p> <p>静的地震力は、上記(a)に示す地震層せん断力係数C_iに施設の耐震重要度分類に応じた係数を乗じたものを水平震度として、当該水平震度及び上記(a)の鉛直震度をそれぞれ20%増しとした震度より求めるものとする。</p> <p>Sクラスの施設については、水平地震力と鉛直地震力は同時に不利な方向の組合せで作用するものとする。ただし、鉛直震度は高さ方向に一定とする。</p> <p>上記(a)及び(b)の標準せん断力係数C_o等の割増し係数の適用については、耐震性向上の観点から、一般産業施設、公共施設等の耐震基準との関係を考慮して設定する。</p> <p>【5条16】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1-1 耐震設計の基本方針 4.1 地震力の算定法</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計 4.1 耐震設計の基本方針</p>
<p>b. 動的地震力</p> <p>設計基準対象施設については、動的地震力は、Sクラスの施設、屋外重要土木建造物及びBク</p>	<p>b. 動的地震力</p> <p>設計基準対象施設については、動的地震力は、Sクラスの施設、屋外重要土木建造物及びBク</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1-1 耐震設計の基本方針 4.1 地震力の算定法</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計 4.1 耐震設計の基本方針 4.5 耐震設計方針の明確化</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>スの施設のうち共振のおそれのあるものに適用する。</p> <p>Sクラスの施設については、基準地震動及び弾性設計用地震動から定める入力地震動を適用する。</p> <p>Bクラスの施設のうち共振のおそれのあるものについては、弾性設計用地震動から定める入力地震動の振幅を2分の1にしたものによる地震力を適用する。</p> <p>屋外重要土木構造物については、基準地震動による地震力を適用する。</p>	<p>ラスの施設のうち共振のおそれのあるものに適用する。</p> <p>Sクラスの施設（津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備を除く。）については、基準地震動S_s及び弾性設計用地震動S_dから定める入力地震動を適用する。</p> <p>Bクラスの施設のうち共振のおそれのあるものについては、弾性設計用地震動S_dから定める入力地震動の振幅を2分の1にしたものによる地震力を適用する。</p> <p>屋外重要土木構造物、津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備並びに浸水防止設備又は津波監視設備が設置された建物・構築物については、基準地震動S_sによる地震力を適用する。</p> <p>【5条17】</p> <p>重大事故等対処施設については、常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設に基準地震動S_sによる地震力を適用する。</p> <p>【50条18】</p>	<p>V-2-1-6 地震応答解析の基本方針</p> <p>2. 地震応答解析の方針</p>	<p>(1) 地震応答解析の基本方針</p>
	<p>常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設のうち、Bクラスの施設の機能を代替する共振のおそれのある施設については、共振のおそれのあるBクラスの施設に適用する地震力を適用する。</p> <p>常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の土木構造物については、基準地震動S_sによる地震力を適用する。</p> <p>重大事故等対処施設のうち、設計基準対象施設の既往評価を適用できる基本構造と異なる施設については、適用する地震力に対して、要求される機能及び構造健全性が維持されることを確認するため、当該施設の構造を適切にモデル化した上での地震応答解析、加振試験等を実施する。</p> <p>【50条19】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.1 地震力の算定法</p> <p>V-2-1-6 地震応答解析の基本方針</p> <p>2. 地震応答解析の方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(1) 地震応答解析の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>動的解析においては、地盤の諸定数も含めて材料のばらつきによる変動幅を適切に考慮する。</p> <p>動的地震力は水平2方向及び鉛直方向について適切に組み合わせて算定する。動的地震力の水平2方向及び鉛直方向の組合せについては、水平1方向及び鉛直方向地震力を組み合わせた既往の耐震計算への影響の可能性のある施設・設備を抽出し、3次元応答性状の可能性も考慮した上で既往の方法を用いた耐震性に及ぼす影響を評価する。</p> <p>【5条18】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.1 地震力の算定法</p> <p>V-2-1-8 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(4) 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価方針</p>
<p>(a) 入力地震動</p> <p>原子炉建屋設置位置付近は、地盤調査の結果、新第三系鮮新統～第四系下部更新統の久米層が分布し、EL. -370 m 以深ではS波速度が0.7 km/s 以上で著しい高低差がなく拵がりをもって分布していることが確認されている。したがって、EL. -370 m の位置を解放基盤表面として設定する。</p> <p>建物・構築物の地震応答解析における入力地震動は、解放基盤表面で定義される基準地震動及び弾性設計用地震動を基に、対象建物・構築物の地盤条件を適切に考慮した上で、必要に応じ2次元FEM解析又は1次元波動論により、地震応答解析モデルの入力位置で評価した入力地震動を設定する。</p> <p>地盤条件を考慮する場合には、地震動評価で考慮した敷地全体の地下構造との関係や対象建物・構築物位置と炉心位置での地質・速度構造の違いにも留意するとともに、地盤の非線形応答に関する動的変形特性を考慮する。また、必要に応じ敷地における観測記録による検証や最新の科学的・技術的知見を踏まえ、地質・速度構造等の地盤条件を設定する。</p> <p>また、設計基準対象施設における耐震Bクラスの建物・構築物のうち共振のおそれがあり、動的解析が必要なものに対しては、弾性設計用地震動に2分の1を乗じたものを用いる。</p>	<p>(a) 入力地震動</p> <p>原子炉建屋設置位置付近は、地盤調査の結果、新第三系鮮新統～第四系下部更新統の久米層が分布し、EL. -370 m 以深ではS波速度が0.7 km/s 以上で著しい高低差がなく拵がりをもって分布していることが確認されている。したがって、EL. -370 m の位置を解放基盤表面として設定する。</p> <p>建物・構築物の地震応答解析における入力地震動は、解放基盤表面で定義される基準地震動S_s及び弾性設計用地震動S_dを基に、対象建物・構築物の地盤条件を適切に考慮した上で、必要に応じ2次元FEM解析又は1次元波動論により、地震応答解析モデルの入力位置で評価した入力地震動を設定する。</p> <p>地盤条件を考慮する場合には、地震動評価で考慮した敷地全体の地下構造との関係や対象建物・構築物位置と炉心位置での地質・速度構造の違いにも留意するとともに、地盤の非線形応答に関する動的変形特性を考慮する。また、必要に応じ敷地における観測記録による検証や最新の科学的・技術的知見を踏まえ、地質・速度構造等の地盤条件を設定する。</p> <p>また、設計基準対象施設における耐震Bクラスの建物・構築物及び重大事故等対処施設における耐震Bクラス施設の機能を代替する常設重大事故防止設備が設置される重大事故</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-6 地震応答解析の基本方針</p> <p>2.1 建物・構築物</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(1) 地震応答解析の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>等対処施設の建物・構築物のうち共振のおそれがあり、動的解析が必要なものに対しては、弾性設計用地震動S_dに2分の1を乗じたものを用いる。</p> <p>【5条19】【50条20】</p>		
<p>(b) 地震応答解析</p> <p>イ. 動的解析法</p> <p>(イ) 建物・構築物</p> <p>動的解析による地震力の算定に当たっては、地震応答解析手法の適用性、適用限界等を考慮のうえ、適切な解析法を選定するとともに、建物・構築物に応じた適切な解析条件を設定する。</p> <p>動的解析は、原則として、建物・構築物の地震応答解析及び床応答曲線の策定は、線形解析及び非線形解析に適用可能な時刻歴応答解析法による。</p> <p>また、3次元応答性状等の評価は、線形解析に適用可能な周波数応答解析法による。</p> <p>建物・構築物の動的解析に当たっては、建物・構築物の剛性はそれらの形状、構造特性等を十分考慮して評価し、集中質点系等に置換した解析モデルを設定する。</p> <p>動的解析には、建物・構築物と地盤との相互作用を考慮するものとし、解析モデルの地盤のばね定数は、基礎版の平面形状、基礎側面と地盤の接触状況、地盤の剛性等を考慮して定める。設計用地盤定数は、原則として、弾性波試験によるものを用いる。</p>	<p>(b) 地震応答解析</p> <p>イ. 動的解析法</p> <p>(イ) 建物・構築物</p> <p>動的解析による地震力の算定に当たっては、地震応答解析手法の適用性、適用限界等を考慮のうえ、適切な解析法を選定するとともに、建物・構築物に応じた適切な解析条件を設定する。</p> <p>動的解析は、原則として、建物・構築物の地震応答解析及び床応答曲線の策定は、線形解析及び非線形解析に適用可能な時刻歴応答解析法による。</p> <p>また、3次元応答性状等の評価は、線形解析に適用可能な周波数応答解析法による。</p> <p>建物・構築物の動的解析に当たっては、建物・構築物の剛性はそれらの形状、構造特性等を十分考慮して評価し、集中質点系等に置換した解析モデルを設定する。</p> <p>動的解析には、建物・構築物と地盤との相互作用を考慮するものとし、解析モデルの地盤のばね定数は、基礎版の平面形状、基礎側面と地盤の接触状況、地盤の剛性等を考慮して定める。設計用地盤定数は、原則として、弾性波試験によるものを用いる。</p> <p>【5条20】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-6 地震応答解析の基本方針</p> <p>2.1 建物・構築物</p> <p>V-2-1-7 設計用床応答曲線の作成方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(1) 地震応答解析の基本方針</p> <p>4.7 設計用床応答曲線の作成</p>
	<p>地盤－建物・構築物連成系の減衰定数は、振動エネルギーの地下逸散及び地震応答における各部のひずみレベルを考慮して定める。基準地震動S_s及び弾性設計用地震動S_dに対する応答解析において、主要構造要素がある程度以上弾性範囲を超える場合には、実験等の結果に基づき、該</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-6 地震応答解析の基本方針</p> <p>2.1 建物・構築物</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(1) 地震応答解析の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>当する建物部分の構造特性に応じて、その弾塑性挙動を適切に模擬した復元力特性を考慮した地震応答解析を行う。</p> <p>また、Sクラスの施設を支持する建物・構築物及び常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設を支持する建物・構築物の支持機能を検討するための動的解析において、施設を支持する建物・構築物の主要構造要素がある程度以上弾性範囲を超える場合には、その弾塑性挙動を適切に模擬した復元力特性を考慮した地震応答解析を行う。</p> <p>【50条21】</p> <p>地震応答解析に用いる材料定数については、地盤の諸定数も含めて材料のばらつきによる変動幅を適切に考慮する。また、材料のばらつきによる変動が建物・構築物の振動性状や応答性状に及ぼす影響として考慮すべき要因を選定した上で、選定された要因を考慮した動的解析により設計用地震力を設定する。</p> <p>【5条21】</p>		
	<p>建物・構築物の動的解析にて、地震時の地盤の有効応力の変化に応じた影響を考慮する場合は、有効応力解析を実施する。有効応力解析に用いる液状化強度特性は、敷地の原地盤における代表性及び網羅性を踏まえた上で保守性を考慮して設定することを基本とする。</p> <p>建物・構築物への地盤変位に対する保守的な配慮として、地盤を強制的に液状化させることを仮定した影響を考慮する場合は、原地盤よりも十分に小さい液状化強度特性（敷地に存在しない豊浦標準砂に基づく液状化強度特性）を設定する。</p> <p>建物・構築物及び機器・配管系への加速度応答に対する保守的な配慮として、地盤の非液状化の影響を考慮する場合は、</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-6 地震応答解析の基本方針</p> <p>2.1 建物・構築物</p> <p>2.3 屋外重要土木構造物</p> <p>V-2-1-7 設計用床応答曲線の作成方針</p> <p>V-2-1-8 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(1) 地震応答解析の基本方針</p> <p>(4) 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価方針</p> <p>4.7 設計用床応答曲線の作成</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>原地盤において非液状化の条件（最も液状化強度が大きい場合に相当）を仮定した解析を実施する。</p> <p>原子炉建屋については、3次元FEM解析等から、建物・構築物の3次元応答性状及びそれによる機器・配管系への影響を評価する。</p> <p>動的解析に用いる解析モデルは、地震観測網により得られた観測記録により振動性状の把握を行い、解析モデルの妥当性の確認を行う。</p> <p>屋外重要土木構造物及び常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の土木構造物の動的解析は、構造物と地盤の相互作用を考慮できる連成系の地震応答解析手法とし、地盤及び構造物の地震時における非線形挙動の有無や程度に応じて、線形、等価線形又は非線形解析のいずれかにて行う。</p> <p>地震力については、水平2方向及び鉛直方向について適切に組み合わせて算定する。</p> <p>【5条22】【50条22】</p>		
<p>(ロ) 機器・配管系</p> <p>動的解析による地震力の算定にあたっては、地震応答解析手法の適用性、適用限界等を考慮のうえ、適切な解析法を選定するとともに、解析条件として考慮すべき減衰定数、剛性等の各種物性値は、適切な規格及び基準又は試験等の結果に基づき設定する。</p> <p>機器の解析に当たっては、形状、構造特性等を考慮して、代表的な振動モードを適切に表現できるよう質点系モデル、有限要素モデル等に置換し、設計用床応答曲線を用いたスペクトルモーダル解析法又は時刻歴応答解析法により応答を求める。</p> <p>また、時刻歴応答解析法及びスペクトル</p>	<p>(ロ) 機器・配管系</p> <p>動的解析による地震力の算定にあたっては、地震応答解析手法の適用性、適用限界等を考慮のうえ、適切な解析法を選定するとともに、解析条件として考慮すべき減衰定数、剛性等の各種物性値は、適切な規格及び基準又は試験等の結果に基づき設定する。</p> <p>機器の解析に当たっては、形状、構造特性等を考慮して、代表的な振動モードを適切に表現できるよう質点系モデル、有限要素モデル等に置換し、設計用床応答曲線を用いたスペクトルモーダル解析法又は時刻歴応答解析法により応答を求める。</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-6 地震応答解析の基本方針</p> <p>2.2 機器・配管系</p> <p>V-2-1-8 水平2方向及び鉛直方向地震力の組合せに関する影響評価方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(1) 地震応答解析の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>モーダル解析法を用いる場合は地盤物性等のばらつきを適切に考慮する。スペクトルモーダル解析法には地盤物性等のばらつきを考慮した床応答曲線を用いる。</p> <p>配管系については、その仕様に応じて適切なモデルに置換し、設計用床応答曲線を用いたスペクトルモーダル解析法又は時刻歴応答解析法により応答を求める。</p> <p>スペクトルモーダル解析法及び時刻歴応答解析法の選択に当たっては、衝突・すべり等の非線形現象を模擬する観点又は既往研究の知見を取り入れ実機の挙動を模擬する観点で、建物・構築物の剛性及び地盤物性のばらつきへの配慮をしつつ時刻歴応答解析法を用いる等、解析対象とする現象、対象設備の振動特性・構造特性等を考慮し適切に選定する。</p> <p>また、設備の3次元的な広がりを踏まえ、適切に応答を評価できるモデルを用い、水平2方向及び鉛直方向の応答成分について適切に組み合わせるものとする。</p> <p>剛性の高い機器は、その機器の設置床面の最大応答加速度の1.2倍の加速度を震度として作用させて構造強度評価に用いる地震力を算定する。</p>	<p>また、時刻歴応答解析法及びスペクトルモーダル解析法を用いる場合は地盤物性等のばらつきを適切に考慮する。スペクトルモーダル解析法には地盤物性等のばらつきを考慮した床応答曲線を用いる。</p> <p>配管系については、その仕様に応じて適切なモデルに置換し、設計用床応答曲線を用いたスペクトルモーダル解析法又は時刻歴応答解析法により応答を求める。</p> <p>スペクトルモーダル解析法及び時刻歴応答解析法の選択に当たっては、衝突・すべり等の非線形現象を模擬する観点又は既往研究の知見を取り入れ実機の挙動を模擬する観点で、建物・構築物の剛性及び地盤物性のばらつきへの配慮をしつつ時刻歴応答解析法を用いる等、解析対象とする現象、対象設備の振動特性・構造特性等を考慮し適切に選定する。</p> <p>また、設備の3次元的な広がりを踏まえ、適切に応答を評価できるモデルを用い、水平2方向及び鉛直方向の応答成分について適切に組み合わせるものとする。</p> <p>剛性の高い機器は、その機器の設置床面の最大応答加速度の1.2倍の加速度を震度として作用させて構造強度評価に用いる地震力を算定する。</p> <p>【5条23】</p>		
<p>c. 設計用減衰定数</p> <p>地震応答解析に用いる減衰定数は、安全上適切と認められる規格及び基準に基づき、設備の種類、構造等により適切に選定するとともに、試験等で妥当性を確認した値も用いる。</p> <p>なお、建物・構築物の地震応答解析に用いる鉄筋コンクリートの減衰定数の設定については、既往の知見に加え、既設施設の地震観測記録等により、その妥当性を検討する。</p>	<p>c. 設計用減衰定数</p> <p>地震応答解析に用いる減衰定数は、安全上適切と認められる規格及び基準に基づき、設備の種類、構造等により適切に選定するとともに、試験等で妥当性を確認した値も用いる。</p> <p>なお、建物・構築物の地震応答解析に用いる鉄筋コンクリートの減衰定数の設定については、既往の知見に加え、既設施設の地震観測記録等により、その妥当性を検討する。</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-6 地震応答解析の基本方針</p> <p>3. 設計用減衰定数</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(1) 地震応答解析の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>また、地盤と屋外重要土木構造物の連成系地震応答解析モデルの減衰定数については、地中構造物としての特徴、同モデルの振動特性を考慮して適切に設定する。</p> <p>【5条24】【50条23】</p>		
<p>(4) 荷重の組合せと許容限界</p> <p>耐震設計における荷重の組合せと許容限界は以下による。</p> <p>a. 耐震設計上考慮する状態</p> <p>地震以外に設計上考慮する状態を以下に示す。</p> <p>(a) 建物・構築物</p> <p>設計基準対象施設については以下のイ.～ハ.の状態を考慮する。</p> <p>イ. 運転時の状態</p> <p>発電用原子炉施設が運転状態にあり、通常 の自然条件下におかれている状態</p> <p>ただし、運転状態には通常運転時、運転時 の異常な過渡変化時を含むものとする。</p> <p>ロ. 設計基準事故時の状態</p> <p>発電用原子炉施設が設計基準事故時にあ る状態</p> <p>ハ. 設計用自然条件</p> <p>設計上基本的に考慮しなければならない 自然条件（風、積雪）</p>	<p>(4) 荷重の組合せと許容限界</p> <p>耐震設計における荷重の組合せと許容限界は以下による。</p> <p>a. 耐震設計上考慮する状態</p> <p>地震以外に設計上考慮する状態を以下に示す。</p> <p>(a) 建物・構築物</p> <p>設計基準対象施設については以下のイ.～ハ.の状態、重大事故等対処施設については以下のイ.～ニ.の状態を考慮する。</p> <p>イ. 運転時の状態</p> <p>発電用原子炉施設が運転状態にあり、通常 の自然条件下におかれている状態</p> <p>ただし、運転状態には通常運転時、運転時 の異常な過渡変化時を含むものとする。</p> <p>ロ. 設計基準事故時の状態</p> <p>発電用原子炉施設が設計基準事故時にあ る状態</p> <p>ハ. 設計用自然条件</p> <p>設計上基本的に考慮しなければならない 自然条件（風、積雪）</p> <p>【5条25】【50条24】</p> <p>ニ. 重大事故等時の状態</p> <p>発電用原子炉施設が、重大事故に至るお それのある事故又は重大事故時の状態で、 重大事故等対処施設の機能を必要とする状 態</p> <p>【50条25】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p>
<p>(b) 機器・配管系</p> <p>設計基準対象施設については以下のイ.～ニ.の状態を考慮する。</p> <p>イ. 通常運転時の状態</p> <p>発電用原子炉の起動、停止、出力運転、高</p>	<p>(b) 機器・配管系</p> <p>設計基準対象施設については以下のイ.～ニ.の状態、重大事故等対処施設については以下のイ.～ホ.の状態を考慮する。</p> <p>イ. 通常運転時の状態</p> <p>発電用原子炉の起動、停止、出力運転、高</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>温待機, 燃料取替え等が計画的又は頻繁に行われた場合であって運転条件が所定の制限値以内にある運転状態</p> <p>ロ. 運転時の異常な過渡変化時の状態</p> <p>通常運転時に予想される機械又は器具の単一の故障若しくはその誤作動又は運転員の単一の誤操作及びこれらと類似の頻度で発生すると予想される外乱によって発生する異常な状態であって, 当該状態が継続した場合には炉心又は原子炉冷却材圧力バウンダリの著しい損傷が生じるおそれがあるものとして安全設計上想定すべき事象が発生した状態</p> <p>ハ. 設計基準事故時の状態</p> <p>発生頻度が運転時の異常な過渡変化より低い異常な状態であって, 当該状態が発生した場合には発電用原子炉施設から多量の放射性物質が放出するおそれがあるものとして安全設計上想定すべき事象が発生した状態</p> <p>ニ. 設計用自然条件</p> <p>設計上基本的に考慮しなければならない自然条件(風, 積雪)</p>	<p>温待機, 燃料取替え等が計画的又は頻繁に行われた場合であって運転条件が所定の制限値以内にある運転状態</p> <p>ロ. 運転時の異常な過渡変化時の状態</p> <p>通常運転時に予想される機械又は器具の単一の故障若しくはその誤作動又は運転員の単一の誤操作及びこれらと類似の頻度で発生すると予想される外乱によって発生する異常な状態であって, 当該状態が継続した場合には炉心又は原子炉冷却材圧力バウンダリの著しい損傷が生じるおそれがあるものとして安全設計上想定すべき事象が発生した状態</p> <p>ハ. 設計基準事故時の状態</p> <p>発生頻度が運転時の異常な過渡変化より低い異常な状態であって, 当該状態が発生した場合には発電用原子炉施設から多量の放射性物質が放出するおそれがあるものとして安全設計上想定すべき事象が発生した状態</p> <p>ニ. 設計用自然条件</p> <p>設計上基本的に考慮しなければならない自然条件(風, 積雪)</p> <p>【5条26】【50条26】</p> <p>ホ. 重大事故等時の状態</p> <p>発電用原子炉施設が, 重大事故に至るおそれのある事故又は重大事故時の状態で, 重大事故等対処施設の機能を必要とする状態</p> <p>【50条27】</p>		
<p>b. 荷重の種類</p> <p>(a) 建物・構築物</p> <p>設計基準対象施設については以下のイ.～ニ.の荷重とする。</p> <p>イ. 発電用原子炉のおかれている状態にかかわらず常時作用している荷重, すなわち固定荷重, 積載荷重, 土圧, 水圧及び通常の気象条件による荷重</p>	<p>b. 荷重の種類</p> <p>(a) 建物・構築物</p> <p>設計基準対象施設については以下のイ.～ニ.の荷重, 重大事故等対処施設については以下のイ.～ホ.の荷重とする。</p> <p>イ. 発電用原子炉のおかれている状態にかかわらず常時作用している荷重, すなわち固定荷重, 積載荷重, 土圧, 水圧及び通常の気象条件による荷重</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>ロ. 運転時の状態で施設に作用する荷重</p> <p>ハ. 設計基準事故時の状態で施設に作用する荷重</p> <p>ニ. 地震力, 風荷重, 積雪荷重</p> <p>ただし, 運転時の状態, 設計基準事故時の状態での荷重には, 機器・配管系から作用する荷重が含まれるものとし, 地震力には, 地震時土圧, 機器・配管系からの反力, スロッシング等による荷重が含まれるものとする。</p>	<p>ロ. 運転時の状態で施設に作用する荷重</p> <p>ハ. 設計基準事故時の状態で施設に作用する荷重</p> <p>ニ. 地震力, 風荷重, 積雪荷重</p> <p>【5条27】【50条28】</p> <p>ホ. 重大事故等時の状態で施設に作用する荷重</p> <p>【50条29】</p> <p>ただし, 運転時の状態, 設計基準事故時の状態及び重大事故等時の状態での荷重には, 機器・配管系から作用する荷重が含まれるものとし, 地震力には, 地震時土圧, 機器・配管系からの反力, スロッシング等による荷重が含まれるものとする。</p> <p>【5条28】【50条30】</p>		
<p>(b) 機器・配管系</p> <p>設計基準対象施設については以下のイ.～ニ.の荷重とする。</p> <p>イ. 通常運転時の状態で施設に作用する荷重</p> <p>ロ. 運転時の異常な過渡変化時の状態で施設に作用する荷重</p> <p>ハ. 設計基準事故時の状態で施設に作用する荷重</p> <p>ニ. 地震力, 風荷重, 積雪荷重</p>	<p>(b) 機器・配管系</p> <p>設計基準対象施設については以下のイ.～ニ.の荷重, 重大事故等対処施設については以下のイ.～ホ.の荷重とする。</p> <p>イ. 通常運転時の状態で施設に作用する荷重</p> <p>ロ. 運転時の異常な過渡変化時の状態で施設に作用する荷重</p> <p>ハ. 設計基準事故時の状態で施設に作用する荷重</p> <p>ニ. 地震力, 風荷重, 積雪荷重</p> <p>【5条29】【50条31】</p> <p>ホ. 重大事故等時の状態で施設に作用する荷重</p> <p>【50条32】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p>
<p>c. 荷重の組合せ</p> <p>地震と組み合わせる荷重については, 以下のとおり設定する。</p>	<p>c. 荷重の組合せ</p> <p>地震と組み合わせる荷重については, 「2.3 外部からの衝撃による損傷の防止」で設定している風及び積雪による荷重を考慮し, 以下のとおり設定する。</p> <p>【5条30】【50条33】</p>	—	— (冒頭宣言)
<p>(a) 建物・構築物</p> <p>イ. Sクラスの建物・構築物については, 常時作用している荷重及び運転時(通常運転時又は運転時の異常な過渡変化時)の状態で施設</p>	<p>(a) 建物・構築物 ((c)に記載のものを除く。)</p> <p>イ. Sクラスの建物・構築物及び常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の建</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>に作用する荷重と地震力とを組み合わせる。</p> <p>ロ. Sクラスの建物・構築物については、常時作用している荷重及び設計基準事故時の状態で施設に作用する荷重のうち長時間その作用が続く荷重と弾性設計用地震動による地震力又は静的地震力とを組み合わせる。</p>	<p>物・構築物については、常時作用している荷重及び運転時（通常運転時又は運転時の異常な過渡変化時）の状態で施設に作用する荷重と地震力とを組み合わせる。</p> <p>【5条31】【50条34】</p> <p>ロ. Sクラスの建物・構築物については、常時作用している荷重及び設計基準事故時の状態で施設に作用する荷重のうち長時間その作用が続く荷重と弾性設計用地震動S_dによる地震力又は静的地震力とを組み合わせる。*1, *2</p> <p>【5条32】</p>	V-2-1-9 機能維持の基本方針	
	<p>ハ. 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物については、常時作用している荷重、設計基準事故時の状態及び重大事故等時の状態で施設に作用する荷重のうち、地震によって引き起こされるおそれがある事象によって作用する荷重と地震力とを組み合わせる。</p> <p>重大事故等による荷重は設計基準対象施設の耐震設計の考え方及び確率論的な考察を踏まえ、地震によって引き起こされるおそれがない事象による荷重として扱う。</p> <p>【50条35】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>
	<p>ニ. 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物については、常時作用している荷重、設計基準事故時の状態及び重大事故等時の状態で施設に作用する荷重のうち、地震によって引き起こされるおそれがない事象による荷重は、その事故事象の発生確率、継続時間及び地震動の年超過確率の関係を踏まえ、適切な地震力（基準地震動S_s又は弾性設計用地震動S_dによる地震力）と組み合わせる。</p> <p>この組合せについては、事故事象の発生確率、継続時間及び地震動の年超過確率の積等を考慮し、工学的、総合的に勘案の上設</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>定する。なお、継続時間については対策の成立性も考慮した上で設定する。</p> <p>以上を踏まえ、原子炉格納容器バウンダリを構成する施設（原子炉格納容器内の圧力、温度の条件を用いて評価を行うその他の施設を含む。）については、いったん事故が発生した場合、長時間継続する事象による荷重と弾性設計用地震動S_dによる地震力とを組み合わせ、その状態からさらに長期的に継続する事象による荷重と基準地震動S_sによる地震力を組み合わせる。</p> <p>なお、格納容器破損モードの評価シナリオのうち、原子炉圧力容器が破損する評価シナリオについては、重大事故等対処設備による原子炉注水は実施しない想定として評価しており、本来は機能を期待できる高圧代替注水系又は低圧代替注水系（常設）による原子炉注水により炉心損傷の回避が可能であることから荷重条件として考慮しない。</p> <p>また、その他の施設については、いったん事故が発生した場合、長時間継続する事象による荷重と基準地震動S_sによる地震力とを組み合わせる。</p> <p>【50条36】</p>		
<p>ホ. Bクラス及びCクラスの建物・構築物については、常時作用している荷重及び運転時の状態で施設に作用する荷重と動的地震力又は静的地震力とを組み合わせる。</p>	<p>ホ. Bクラス及びCクラスの建物・構築物並びに常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物については、常時作用している荷重及び運転時の状態で施設に作用する荷重と動的地震力又は静的地震力とを組み合わせる。</p> <p>【5条33】【50条37】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>
	<p>*1 Sクラスの建物・構築物の設計基準事故の状態では、(b)機器・配管系の考え方に沿った下記の2つの考え方に基づき検討した結果として後者を踏まえ、施設に作用する荷重のうち長時間その作用</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>が続く荷重と弾性設計用地震動S_dによる地震力又は静的地震力とを組み合わせることとしている。この考え方は、J E A G 4 6 0 1における建物・構築物の荷重の組合せの記載とも整合している。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・常時作用している荷重及び設計基準事故時の状態のうち地震によって引き起こされるおそれのある事象によって施設に作用する荷重は、その事故事象の継続時間との関係を踏まえ、適切な地震力と組み合わせで考慮する。 ・常時作用している荷重及び設計基準事故時の状態のうち地震によって引き起こされるおそれのない事象であっても、いったん事故が発生した場合、長時間継続する事象による荷重は、その事故事象の発生確率、継続時間及び地震動の超過確率の関係を踏まえ、適切な地震力と組み合わせる。 <p>*2 原子炉格納容器バウンダリを構成する施設については、異常時圧力の最大値と弾性設計用地震動S_dによる地震力とを組み合わせる。</p> <p>【5条34】</p>		
<p>(b) 機器・配管系</p> <p>イ. Sクラスの機器・配管系については、通常運転時の状態で施設に作用する荷重と地震力とを組み合わせる。</p> <p>ロ. Sクラスの機器・配管系については、運転時の異常な過渡変化時の状態及び設計基準事故時の状態のうち地震によって引き起こされるおそれのある事象によって施設に作</p>	<p>(b) 機器・配管系 ((c)に記載のものを除く。)</p> <p>イ. Sクラスの機器・配管系及び常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の機器・配管系については、通常運転時の状態で施設に作用する荷重と地震力とを組み合わせる。</p> <p>【5条35】【50条38】</p> <p>ロ. Sクラスの機器・配管系については、運転時の異常な過渡変化時の状態及び設計基準事故時の状態のうち地震によって引き起こされるおそれのある事象によって施設に作</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用する荷重は、その事故事象の継続時間等との関係を踏まえ、適切な地震力とを組み合わせる。	用する荷重は、その事故事象の継続時間等との関係を踏まえ、適切な地震力とを組み合わせる。 【5条36】		
	ハ. 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の機器・配管系については、運転時の異常な過渡変化時の状態、設計基準事故時の状態及び重大事故等時の状態で作用する荷重のうち、地震によって引き起こされるおそれがある事象によって作用する荷重と地震力とを組み合わせる。重大事故等による荷重は設計基準対象施設の耐震設計の考え方及び確率論的な考察を踏まえ、地震によって引き起こされるおそれがない事象による荷重として扱う。 【50条39】	V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1-1 耐震設計の基本方針 5.1 構造強度 V-2-1-9 機能維持の基本方針	4. 地震による損傷防止に関する設計 4.1 耐震設計の基本方針 4.5 耐震設計方針の明確化 (2) 機能維持の基本方針
ニ. Sクラスの機器・配管系については、運転時の異常な過渡変化時の状態及び設計基準事故時の状態のうち地震によって引き起こされるおそれのない事象であっても、いったん事故が発生した場合、長時間継続する事象による荷重は、その事故事象の発生確率、継続時間及び地震動の年超過確率の関係を踏まえ、適切な地震力と組み合わせる。	ニ. Sクラスの機器・配管系については、運転時の異常な過渡変化時の状態及び設計基準事故時の状態のうち地震によって引き起こされるおそれのない事象であっても、いったん事故が発生した場合、長時間継続する事象による荷重は、その事故事象の発生確率、継続時間及び地震動の年超過確率の関係を踏まえ、適切な地震力と組み合わせる。 *3 【5条37】	V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1-1 耐震設計の基本方針 5.1 構造強度 V-2-1-9 機能維持の基本方針	4. 地震による損傷防止に関する設計 4.1 耐震設計の基本方針 4.5 耐震設計方針の明確化 (2) 機能維持の基本方針
	ホ. 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の機器・配管系については、運転時の異常な過渡変化時の状態、設計基準事故時の状態及び重大事故等時の状態で施設に作用する荷重のうち地震によって引き起こされるおそれがない事象による荷重は、その事故事象の発生確率、継続時間及び地震動の年超過確率の関係を踏まえ、適切な地震力(基準地震動 S_s 又は弾性設計用地震動 S_d による地震力)と組み合わせる。 この組合せについては、事故事象の発生	V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1-1 耐震設計の基本方針 5.1 構造強度 V-2-1-9 機能維持の基本方針	4. 地震による損傷防止に関する設計 4.1 耐震設計の基本方針 4.5 耐震設計方針の明確化 (2) 機能維持の基本方針

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>確率、継続時間及び地震動の年超過確率の積等を考慮し、工学的、総合的に勘案の上設定する。なお、継続時間については対策の成立性も考慮した上で設定する。</p>		
	<p>以上を踏まえ、重大事故等時の状態で作用する荷重と地震力(基準地震動S_s又は弾性設計用地震動S_dによる地震力)との組合せについては、以下を基本設計とする。</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する設備については、いったん事故が発生した場合、長時間継続する事象による荷重と弾性設計用地震動S_dによる地震力とを組み合わせ、その状態からさらに長期的に継続する事象による荷重と基準地震動S_sによる地震力を組み合わせる。</p> <p>原子炉格納容器バウンダリを構成する設備(原子炉格納容器内の圧力、温度の条件を用いて評価を行うその他の施設を含む。)については、いったん事故が発生した場合、長時間継続する事象による荷重と弾性設計用地震動S_dによる地震力とを組み合わせ、その状態からさらに長期的に継続する事象による荷重と基準地震動S_sによる地震力を組み合わせる。</p> <p>なお、格納容器破損モードの評価シナリオのうち、原子炉圧力容器が破損する評価シナリオについては、重大事故等対処設備による原子炉注水は実施しない想定として評価しており、本来は機能を期待できる高圧代替注水系又は低圧代替注水系(常設)による原子炉注水により炉心損傷の回避が可能であることから荷重条件として考慮しない。</p> <p>また、その際に用いる荷重の継続時間に係る復旧等の対応について、保安規定に定める。保安規定に定める対応としては、故障が想定される機器に対してあらかじめ確保した取替部材を用いた既設系統の復旧手段、及び、あらかじめ確保した部材を用いた</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>3.1 構造強度上の制限</p> <p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p> <p><下線部></p> <p>—</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p><u>仮設システムの構築手段について、手順を整備するとともに、社内外から支援を受けられる体制を整備する。</u></p> <p>その他の施設については、いったん事故が発生した場合、長時間継続する事象による荷重と基準地震動S_sによる地震力とを組み合わせる。</p> <p>【50条40】</p>		
<p>へ. Bクラス及びCクラスの機器・配管系については、通常運転時の状態で施設に作用する荷重及び運転時の異常な過渡変化時の状態で施設に作用する荷重と、動的地震力又は静的地震力とを組み合わせる。</p>	<p>へ. Bクラス及びCクラスの機器・配管系並びに常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設の機器・配管系については、通常運転時の状態で施設に作用する荷重及び運転時の異常な過渡変化時の状態で施設に作用する荷重と、動的地震力又は静的地震力とを組み合わせる。</p> <p>【5条38】【50条41】</p> <p>*3 原子炉格納容器バウンダリを構成する設備については、CCV規格を踏まえ、異常時圧力の最大値と弾性設計用地震動S_dによる地震力とを組み合わせる。</p> <p>【5条39】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>
	<p>(c) 津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備並びに浸水防止設備が設置された建物・構築物</p> <p>イ. 津波防護施設及び浸水防止設備が設置された建物・構築物については、常時作用している荷重及び運転時の状態で施設に作用する荷重と基準地震動S_sによる地震力とを組み合わせる。</p> <p>ロ. 浸水防止設備及び津波監視設備については、常時作用している荷重及び運転時の状態で施設に作用する荷重等と基準地震動S_sによる地震力とを組み合わせる。</p> <p>上記(c)イ., ロ.については、地震と津波が同時に作用する可能性について検討し、必要に応じて基準地震動S_sによる地震力と津波による荷重の組合せを考慮する。また、津波以</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>外による荷重については、「b. 荷重の種類」に準じるものとする。</p> <p>【5条40】</p>		
	<p>(d) 荷重の組合せ上の留意事項</p> <p>動的地震力については、水平2方向と鉛直方向の地震力とを適切に組み合わせ算定するものとする。</p> <p>【5条41】【50条42】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>3.1 構造強度上の制限</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>
<p>d. 許容限界</p> <p>各施設の地震力と他の荷重とを組み合わせた状態に対する許容限界は次のとおりとし、安全上適切と認められる規格及び基準又は試験等で妥当性が確認されている値を用いる。</p> <p>(a) 建物・構築物</p> <p>イ. Sクラスの建物・構築物</p> <p>(イ) 弾性設計用地震動による地震力又は静的地震力との組合せに対する許容限界</p> <p>建築基準法等の安全上適切と認められる規格及び基準による許容応力度を許容限界とする。</p> <p>(ロ) 基準地震動による地震力との組合せに対する許容限界</p> <p>構造物全体としての変形能力(終局耐力時の変形)について十分な余裕を有し、終局耐力に対し妥当な安全余裕を持たせることとする(評価項目はせん断ひずみ、応力等)。</p> <p>また、終局耐力は、建物・構築物に対する荷重又は応力を漸次増大していくとき、その変形又はひずみが著しく増加するに</p>	<p>d. 許容限界</p> <p>各施設の地震力と他の荷重とを組み合わせた状態に対する許容限界は次のとおりとし、安全上適切と認められる規格及び基準又は試験等で妥当性が確認されている値を用いる。</p> <p>(a) 建物・構築物((c)に記載のものを除く。)</p> <p>イ. Sクラスの建物・構築物及び常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物(へ.に記載のものを除く。)</p> <p>(イ) 弾性設計用地震動S_dによる地震力又は静的地震力との組合せに対する許容限界</p> <p>建築基準法等の安全上適切と認められる規格及び基準による許容応力度を許容限界とする。ただし、原子炉冷却材喪失事故時に作用する荷重との組合せ(原子炉格納容器バウンダリにおける長期的荷重との組合せを除く。)に対しては、下記イ.(ロ)に示す許容限界を適用する。</p> <p>(ロ) 基準地震動S_sによる地震力との組合せに対する許容限界</p> <p>構造物全体としての変形能力(終局耐力時の変形)について十分な余裕を有し、終局耐力に対し妥当な安全余裕を持たせることとする(評価項目はせん断ひずみ、応力等)。</p> <p>また、終局耐力は、建物・構築物に対する荷重又は応力を漸次増大していくとき、その変形又はひずみが著しく増加す</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>至る限界の最大耐力とし、既往の実験式等に基づき適切に定めるものとする。</p>	<p>るに至る限界の最大耐力とし、既往の実験式等に基づき適切に定めるものとする。</p> <p>【5条42】【50条43】</p>		
<p>ロ. Bクラス及びCクラスの建物・構築物(へ. 及びト. に記載のものを除く。)</p> <p>上記イ.(イ)による許容応力度を許容限界とする。</p>	<p>ロ. Bクラス及びCクラスの建物・構築物並びに常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設の建物・構築物(へ. 及びト. に記載のものを除く。)</p> <p>上記イ.(イ)による許容応力度を許容限界とする。</p> <p>【5条43】【50条44】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>
<p>ハ. 耐震重要度分類の異なる施設を支持する建物・構築物(へ. 及びト. に記載のものを除く。)</p> <p>上記イ.(ロ)を適用するほか、耐震重要度分類の異なる施設がそれを支持する建物・構築物の変形等に対して、その支持機能を損なわないものとする。</p> <p>当該施設を支持する建物・構築物の支持機能が維持されることを確認する際の地震動は、支持される施設に適用される地震動とする。</p>	<p>ハ. 耐震重要度分類の異なる施設又は設備分類の異なる重大事故等対処施設を支持する建物・構築物(へ. 及びト. に記載のものを除く。)</p> <p>上記イ.(ロ)を適用するほか、耐震重要度分類の異なる施設又は設備分類の異なる重大事故等対処施設がそれを支持する建物・構築物の変形等に対して、その支持機能を損なわないものとする。</p> <p>当該施設を支持する建物・構築物の支持機能が維持されることを確認する際の地震動は、支持される施設に適用される地震動とする。</p> <p>【5条44】【50条45】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>
<p>ニ. 建物・構築物の保有水平耐力(へ. 及びト. に記載のものを除く。)</p> <p>建物・構築物については、当該建物・構築物の保有水平耐力が必要保有水平耐力に対して耐震重要度分類に応じた安全余裕を有しているものとする。</p>	<p>ニ. 建物・構築物の保有水平耐力(へ. 及びト. に記載のものを除く。)</p> <p>建物・構築物については、当該建物・構築物の保有水平耐力が必要保有水平耐力に対して耐震重要度分類又は重大事故等対処施設が代替する機能を有する設計基準事故対処設備が属する耐震重要度分類に応じた安全余裕を有しているものとする。</p> <p>【5条45】</p> <p>ここでは、常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設については、上記における重大事故等対処施設が代替する機能を有する設計基準事故対処設備が属す</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>る耐震重要度分類をSクラスとする。</p> <p>【50条46】</p>		
<p>ホ. 気密性, 止水性, 遮蔽性, 通水機能, 貯水機能を考慮する施設</p> <p>構造強度の確保に加えて気密性, 止水性, 遮蔽性, 通水機能, 貯水機能が必要な建物・構築物については, その機能を維持できる許容限界を適切に設定するものとする。</p>	<p>ホ. 気密性, 止水性, 遮蔽性, 通水機能, 貯水機能を考慮する施設</p> <p>構造強度の確保に加えて気密性, 止水性, 遮蔽性, 通水機能, 貯水機能が必要な建物・構築物については, その機能を維持できる許容限界を適切に設定するものとする。</p> <p>【5条46】 【50条47】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.2 機能維持</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>4.3 気密性の維持</p> <p>4.4 止水性の維持</p> <p>4.5 遮蔽性の維持</p> <p>4.7 通水機能及び貯水機能の維持</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>
<p>ヘ. 屋外重要土木構造物</p> <p>(イ) 静的地震力との組合せに対する許容限界</p> <p>安全上適切と認められる規格及び基準による許容応力度を許容限界とする。</p> <p>(ロ) 基準地震動による地震力との組合せに対する許容限界</p> <p>構造部材のうち, 鉄筋コンクリートの曲げについては限界層間変形角, 終局曲率又は許容応力度, せん断についてはせん断耐力又は許容せん断応力度を許容限界とする。構造部材のうち, 鋼材の曲げについては終局曲率又は許容応力度, せん断についてはせん断耐力又は許容せん断応力度を許容限界とする。</p> <p>なお, 限界層間変形角, 終局曲率及びせん断耐力の許容限界に対しては妥当な安全余裕を持たせることとし, それぞれの安</p>	<p>ヘ. 屋外重要土木構造物及び常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設の土木構造物</p> <p>(イ) 静的地震力との組合せに対する許容限界</p> <p>安全上適切と認められる規格及び基準による許容応力度を許容限界とする。</p> <p>(ロ) 基準地震動S_sによる地震力との組合せに対する許容限界</p> <p>新設屋外重要土木構造物の構造部材の曲げについては許容応力度, 構造部材のせん断については許容せん断応力度を許容限界の基本とするが, 構造部材のうち, 鉄筋コンクリートの曲げについては限界層間変形角又は終局曲率, 鋼材の曲げについては終局曲率, 鉄筋コンクリート及び鋼材のせん断についてはせん断耐力を許容限界とする場合もある。</p> <p>既設屋外重要土木構造物の構造部材のうち, 鉄筋コンクリートの曲げについては限界層間変形角又は終局曲率, 鋼材の曲げについては終局曲率, 鉄筋コンクリート及び鋼材のせん断についてはせん断耐力を許容限界とする。</p> <p>なお, 限界層間変形角, 終局曲率及びせん断耐力の許容限界に対しては妥当な安全余裕を持たせることとし, それぞれの安</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
全余裕については各施設の機能要求等を踏まえ設定する。	安全余裕については、各施設の機能要求等を踏まえ設定する。 【5条47】【50条48】		
ト. その他の土木構造物 安全上適切と認められる規格及び基準による許容応力度を許容限界とする。	ト. その他の土木構造物及び常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設の土木構造物 安全上適切と認められる規格及び基準による許容応力度を許容限界とする。 【5条48】【50条49】	V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1-1 耐震設計の基本方針 5.1 構造強度 V-2-1-9 機能維持の基本方針	4. 地震による損傷防止に関する設計 4.1 耐震設計の基本方針 4.5 耐震設計方針の明確化 (2) 機能維持の基本方針
(b) 機器・配管系 イ. Sクラスの機器・配管系 (イ) 弾性設計用地震動による地震力又は静的地震力との組合せに対する許容限界 応答が全体的におおむね弾性状態に留まるものとする(評価項目は応力等)。 (ロ) 基準地震動による地震力との組合せに対する許容限界 塑性ひずみが生じる場合であっても、その量が小さなレベルに留まって破断延性限界に十分な余裕を有し、その施設に要求される機能に影響を及ぼさないように応力、荷重等を制限する値を許容限界とする。 また、地震時又は地震後に動的機能又は電氣的機能が要求される機器については、基準地震動による応答に対して、試験等により確認されている機能確認済加速度等を許容限界とする。	(b) 機器・配管系((c)に記載のものを除く)イ. Sクラスの機器・配管系 (イ) 弾性設計用地震動 S_d による地震力又は静的地震力との組合せに対する許容限界 応答が全体的におおむね弾性状態に留まるものとする(評価項目は応力等)。 ただし、原子炉冷却材喪失事故時に作用する荷重との組合せ(原子炉格納容器バウンダリ及び非常用炉心冷却設備等における長期的荷重との組合せを除く)に対しては、下記イ.(ロ)に示す許容限界を適用する。 (ロ) 基準地震動 S_s による地震力との組合せに対する許容限界 塑性ひずみが生じる場合であっても、その量が小さなレベルに留まって破断延性限界に十分な余裕を有し、その施設に要求される機能に影響を及ぼさないように応力、荷重等を制限する値を許容限界とする。 また、地震時又は地震後に動的機能又は電氣的機能が要求される機器については、基準地震動 S_s による応答に対して試験等により確認されている機能確認済加速度等を許容限界とする。 【5条49】	V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1-1 耐震設計の基本方針 5.1 構造強度 V-2-1-9 機能維持の基本方針	4. 地震による損傷防止に関する設計 4.1 耐震設計の基本方針 4.5 耐震設計方針の明確化 (2) 機能維持の基本方針
	ロ. 常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等	V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1-1 耐震設計の基本方針	4. 地震による損傷防止に関する設計 4.1 耐震設計の基本方針

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>対処施設の機器・配管系</p> <p>イ.(ロ) に示す許容限界を適用する。</p> <p>ただし、原子炉格納容器バウンダリを構成する設備及び非常用炉心冷却設備等の弾性設計用地震動S_aと設計基準事故時の状態における長期的荷重との組合せに対する許容限界は、イ.(イ) に示す許容限界を適用する。</p> <p>【50条50】</p>	<p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>
<p>ハ. Bクラス及びCクラスの機器・配管系</p> <p>応答が全体的におおむね弾性状態に留まるものとする(評価項目は応力等)。</p>	<p>ハ. Bクラス及びCクラスの機器・配管系並びに常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備が設置される重大事故等対処施設の機器・配管系</p> <p>応答が全体的におおむね弾性状態に留まるものとする(評価項目は応力等)。</p> <p>【5条50】【50条51】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>
<p>ニ. チャンネル・ボックス</p> <p>チャンネル・ボックスは、地震時に作用する荷重に対して、燃料集合体の原子炉冷却材流路を維持できること及び過大な変形や破損を生ずることにより制御棒の挿入が阻害されないものとする。</p>	<p>ニ. チャンネル・ボックス</p> <p>チャンネル・ボックスは、地震時に作用する荷重に対して、燃料集合体の原子炉冷却材流路を維持できること及び過大な変形や破損を生ずることにより制御棒の挿入が阻害されないものとする。</p> <p>【5条51】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>
	<p>ホ. 逃がし安全弁排気管及び主蒸気系(外側主蒸気隔離弁より主塞止弁まで)</p> <p>逃がし安全弁排気管は基準地震動S_sに対して、主蒸気系(外側主蒸気隔離弁より主塞止弁まで)は弾性設計用地震動S_aに対してイ.(ロ)に示す許容限界を適用する。</p> <p>【5条52】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>
	<p>(c) 津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備並びに浸水防止設備が設置された建物・構築物</p> <p>津波防護施設及び浸水防止設備が設置された建物・構築物については、当該施設及び建物・構築物が構造物全体としての変形能力(終局耐力時の変形)及び安定性について十分な余裕を有するとともに、その施設に要求される機能(津波防護機能及び浸水防止機能)が保</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>5.1 構造強度</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.1 耐震設計の基本方針</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(2) 機能維持の基本方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>持できるものとする（評価項目はせん断ひずみ、応力等）。</p> <p>浸水防止設備及び津波監視設備については、その設備に要求される機能（浸水防止機能及び津波監視機能）が保持できるものとする。</p> <p>【5条53】</p>		
	<p>(5) 設計における留意事項</p> <p>a. 波及的影響</p> <p>耐震重要施設及び常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設（以下「上位クラス施設」という。）は、下位クラス施設の波及的影響によって、その安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能を損なわない設計とする。</p> <p>波及的影響については、耐震重要施設の設計に用いる地震動又は地震力を適用して評価を行う。なお、地震動又は地震力の選定に当たっては、施設の配置状況、使用時間等を踏まえて適切に設定する。また、波及的影響においては水平2方向及び鉛直方向の地震力が同時に作用する場合に影響を及ぼす可能性のある施設、設備を選定し評価する。</p> <p>この設計における評価に当たっては、敷地全体を俯瞰した調査・検討等を行う。ここで、下位クラス施設とは、上位クラス施設以外の発電所内にある施設（資機材等含む。）をいう。</p> <p><u>波及的影響を防止するよう現場を維持するため、保安規定に、機器設置時の配慮事項等を定めて管理する。</u></p> <p>耐震重要施設に対する波及的影響については、以下に示す(a)～(d)の4つの事項から検討を行う。</p> <p>また、原子力発電所の地震被害情報等から新たに検討すべき事項が抽出された場合には、これを追加する。</p> <p>常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設に対する波及的影響については、以下に示す(a)～(d)の4つの事項について「耐震重要施設」を「常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設」に、「安全機</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-4 重要度分類及び重大事故等対処施設の施設区分の基本方針</p> <p>V-2-1-5 波及的影響に係る基本方針</p> <p>V-2-11 波及的影響を及ぼすおそれのある施設の耐震性についての計算書</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.4 耐震設計を行う設備の抽出</p> <p>4.4.3 波及的影響を検討する施設の抽出</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(3) 波及的影響に係る基本方針</p> <p><下線部></p> <p>—</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	能」を「重大事故等に対処するために必要な機能」に読み替えて適用する。		
	<p>(a) 設置地盤及び地震応答性状の相違等に起因する不等沈下又は相対変位による影響</p> <p>イ. 不等沈下 耐震重要施設の設計に用いる地震動又は地震力に対して、不等沈下による耐震重要施設の安全機能への影響</p> <p>ロ. 相対変位 耐震重要施設の設計に用いる地震動又は地震力に対して、下位クラス施設と耐震重要施設の相対変位による耐震重要施設の安全機能への影響</p> <p>(b) 耐震重要施設と下位クラス施設との接続部における相互影響 耐震重要施設の設計に用いる地震動又は地震力に対して、耐震重要施設に接続する下位クラス施設の損傷による耐震重要施設の安全機能への影響</p> <p>(c) 建屋内における下位クラス施設の損傷、転倒及び落下等による耐震重要施設への影響 耐震重要施設の設計に用いる地震動又は地震力に対して、建屋内の下位クラス施設の損傷、転倒及び落下等による耐震重要施設の安全機能への影響</p> <p>(d) 建屋外における下位クラス施設の損傷、転倒及び落下等による耐震重要施設への影響 耐震重要施設の設計に用いる地震動又は地震力に対して、建屋外の下位クラス施設の損傷、転倒及び落下等による耐震重要施設の安全機能への影響</p> <p>【5条54】【50条52】</p> <p>b. 原子炉建屋への地下水の影響 原子炉本体等を支持する原子炉建屋の耐震性を確保するため、原子炉建屋周囲の地下水を排水できるよう原子炉建屋地下排水設備（排水ポンプ（容量 120 m³/h/個、揚程 50 m、原動機出力 30 kW/個、個数 2）及び集水ピット水位計（個数 2、計測範囲 EL. -17.0～-7.0 m））を設置する。</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1 耐震設計の基本方針の概要</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-4 重要度分類及び重大事故等対処施設の施設区分の基本方針</p> <p>V-2-1-5 波及的影響に係る基本方針</p> <p>V-2-2 耐震設計上重要な設備を設置する施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-2-2 原子炉建屋の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-11 波及的影響を及ぼすおそれのある施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書（別添） （原子炉建屋地下排水設備）</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.4 耐震設計を行う設備の抽出</p> <p>4.4.3 波及的影響を検討する施設の抽出</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(3) 波及的影響に係る基本方針</p> <p>20. 原子炉建屋地下排水設備の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>また、基準地震動S_sによる地震力に対して、必要な機能が保持できる設計とするとともに、非常用電源設備又は常設代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【5条56】【50条52-1】</p>		
	<p>(6) 緊急時対策所建屋</p> <p>緊急時対策所建屋については、基準地震動S_sによる地震力に対して、重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがない設計とする。</p> <p>緊急時対策所建屋については、耐震構造とし、基準地震動S_sによる地震力に対して、遮蔽性能を確保する。</p> <p>また、緊急時対策所の居住性を確保するため、鉄筋コンクリート構造とし、緊急時対策所建屋の換気設備の性能とあいまって十分な気密性を確保できるよう、基準地震動S_sによる地震力に対して、地震時及び地震後において耐震壁のせん断ひずみがおおむね弾性状態にとどまる設計とする。</p> <p>なお、地震力の算定方法及び荷重の組合せと許容限界については、「(3) 地震力の算定方法」及び「(4) 荷重の組合せと許容限界」に示す建物・構築物及び機器・配管系のものを適用する。</p> <p>【50条53】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-2-2 耐震設計上重要な設備を設置する施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-10 その他発電用原子炉の附属施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 緊急時対策所の機能に係る詳細設計</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.6 耐震設計上重要な設備を設置する施設の耐震設計</p> <p>4.6.1 耐震設計上重要な設備を設置する建物・構築物の耐震設計</p> <p>V-1-10-16「緊急時対策所」の様式-1</p> <p>2. 緊急時対策所の設置等に関する設計</p> <p>(1) 設置場所等に関する設計</p> <p>a. 耐震設計</p>
	<p>2.1.2 地震による周辺斜面の崩壊に対する設計方針</p> <p>耐震重要施設及び常設耐震重要重大事故防止設備又は常設重大事故緩和設備が設置される重大事故等対処施設については基準地震動S_sによる地震力により周辺斜面の崩壊の影響がないことが確認された場所に設置する。</p> <p>【5条55】【50条54】</p>	<p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-4 重要度分類及び重大事故等対処施設の施設区分の基本方針</p> <p>V-2-1-5 波及的影響に係る基本方針</p> <p>V-2-11 波及的影響を及ぼすおそれのある施設の耐震性についての計算書</p>	<p>4. 地震による損傷防止に関する設計</p> <p>4.5 耐震設計方針の明確化</p> <p>(3) 波及的影響に係る基本方針</p>
	<p>2.2 津波による損傷の防止</p> <p>原子炉冷却系統施設の津波による損傷の防止の基本設計方針については、浸水防護施設の基本設計方針に基づく設計とする。</p>	-	- (冒頭宣言)
<p>2.3 外部からの衝撃による損傷の防止</p> <p>設計基準対象施設は、外部からの衝撃のうち自然現象による損傷の防止において、発電所敷地で想定される風(台風)、凍結、降水、積雪、落雷、生物学的事象及び</p>	<p>2.3 外部からの衝撃による損傷の防止</p> <p>設計基準対象施設は、外部からの衝撃のうち自然現象による損傷の防止において、発電所敷地で想定される風(台風)、竜巻、凍結、降水、積雪、落雷、火山の</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-1-1 発電用原子炉施設に対する自然現象等による損傷の防止に関する</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.1 自然現象等への配慮に関する基本方針</p> <p>6.1.1 基本方針</p> <p>(1) 自然現象</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>高潮の自然現象（地震及び津波を除く。）又はその組合せに遭遇した場合において、自然現象そのものがもたらす環境条件及びその結果として施設で生じ得る環境条件においても、その安全性を損なうおそれがある場合は、防護措置、基礎地盤の改良その他、供用中における運転管理等の運用上の適切な措置を講じる。</p>	<p>影響、生物学的事象、森林火災及び高潮の自然現象（地震及び津波を除く。）又は地震及び津波を含む自然現象の組合せに遭遇した場合において、自然現象そのものがもたらす環境条件及びその結果として施設で生じ得る環境条件において、その安全性を損なうおそれがある場合は、防護措置、基礎地盤の改良その他、供用中における運転管理等の運用上の適切な措置を講じる。</p> <p>【7条1】</p> <p>地震及び津波を含む自然現象の組合せについて、火山については積雪と風（台風）、基準地震動S_sについては積雪、基準津波については弾性設計用地震動S_dと積雪の荷重を、施設の形状及び配置に応じて考慮する。</p> <p>地震、津波と風（台風）の組合せについても、風荷重の影響が大きいと考えられるような構造や形状の施設については、組合せを考慮する。</p> <p>組み合わせる積雪深、風速の大きさはそれぞれ建築基準法を準用して垂直積雪量30 cm、基準風速30 m/sとし、組み合わせる積雪深については、建築基準法に定められた平均的な積雪荷重を与えるための係数0.35を考慮する。</p> <p>【7条2】</p>	<p>基本方針</p> <p>2.1 自然現象</p> <p>2.4 組合せ</p> <p>4.1 自然現象の組合せについて</p>	<p>(4) 組合せ</p>
<p>設計基準対象施設は、外部からの衝撃のうち外部人為事象による損傷の防止において、発電所敷地又はその周辺において想定される電磁的障害に対して安全性を損なわない設計とする。</p> <p>想定される外部人為事象のうち、航空機落下については、防護設計の要否を判断する基準を超えないことを評価して設置（変更）許可を受けている。工事計画認可申請時に、設置（変更）許可申請時から、防護設計の要否を判断する基準を超えるような航空路の変更がないことを確認していることから、設計基準対象施設に対して防護措置その他適切な措置を講じる必要はない。</p>	<p>設計基準対象施設は、外部からの衝撃のうち人為による損傷の防止において、発電所敷地又はその周辺において想定される爆発、近隣工場等の火災、危険物を搭載した車両、有毒ガス、船舶の衝突及び電磁的障害により発電用原子炉施設の安全性を損なわせる原因となるおそれがある事象であって人為によるもの（故意によるものを除く。）（以下「人為事象」という。）に対してその安全性が損なわれないよう、防護措置又は対象とする発生源から一定の距離を置くことによる適切な措置を講じる。</p> <p>【7条3】</p> <p>想定される人為事象のうち、飛来物（航空機落下）については、防護設計の要否を判断する基準を超えないことを評価して設置（変更）許可を受けている。工事計画認可申請時に、設置（変更）許可申請時から、防護設計の要否を判断する基準を超えるような航空路の変更がないことを確認していることから、設計基準対象施設に対して防護措置その他適切な措置を講じる必要は</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-1-1 発電用原子炉施設に対する自然現象等による損傷の防止に関する基本方針</p> <p>2.2 人為事象</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.1 自然現象等への配慮に関する基本方針</p> <p>6.1.1 基本方針</p> <p>(2) 人為事象</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>ない。</p> <p>【7条4】 <u>なお、定期的に航空路の変更状況を確認し、防護措置の可否を判断することを保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【7条5】 航空機落下及び爆発以外に起因する飛来物については、発電所周辺の社会環境からみて、発生源が設計基準対象施設から一定の距離が確保されており、設計基準対象施設が安全性を損なうおそれがないため、防護措置その他の適切な措置を講じる必要はない。</p> <p>【7条6】</p>	<p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部> -</p>
	<p>また、想定される自然現象（地震及び津波を除く。）及び人為事象に対する防護措置には、設計基準対象施設が安全性を損なわないために必要な設計基準対象施設以外の施設又は設備等（重大事故等対処設備を含む。）への措置を含める。</p> <p>【7条7】 重大事故等対処設備は、外部からの衝撃による損傷の防止において、想定される自然現象（地震及び津波を除く。）及び人為事象に対して、「5.1.2 多様性、位置的分散等」、「5.1.3 悪影響防止等」及び「5.1.5 環境条件等」の基本設計方針に基づき、必要な機能が損なわれないよう、防護措置その他の適切な措置を講じる。</p> <p>【7条8】 設計基準対象施設又は重大事故等対処設備に対して講じる防護措置として設置する施設は、その設置状況並びに防護する施設の耐震重要度分類及び重大事故等対処施設の設備分類に応じた地震力に対し構造強度を確保し、外部からの衝撃を考慮した設計とする。</p> <p>【7条9】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-1-1 発電用原子炉施設に対する自然現象等による損傷の防止に関する基本方針</p> <p>2.1 自然現象 2.2 人為事象</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.1 自然現象等への配慮に関する基本方針</p> <p>6.1.1 基本方針</p> <p>(1) 自然現象 (2) 人為事象</p>
<p>2.3.1 外部からの衝撃より防護すべき施設</p> <p>外部からの衝撃によりその安全性を損なうことがないよう、外部からの衝撃より防護すべき施設は、「発電用軽水型原子炉施設の安全機能の重要度分類に関する審査指針」で規定されているクラス1、クラス2及びクラス3に属する構築物、系統とし、原子炉施設の安全性を損なわない設計とする。</p>	<p>2.3.1 外部からの衝撃より防護すべき施設</p> <p>設計基準対象施設が外部からの衝撃によりその安全性を損なうことがないよう、外部からの衝撃より防護すべき施設は、設計基準対象施設のうち、「発電用軽水型原子炉施設の安全機能の重要度分類に関する審査指針」で規定されているクラス1、クラス2及び安全評価上その機能に期待するクラス3に属する構築物、系統及び機器（以下「外部事</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-1-1 発電用原子炉施設に対する自然現象等による損傷の防止に関する基本方針</p> <p>2.3 外部からの衝撃より防護すべき施設</p> <p>V-1-1-2-1-2 防護対象施設の範囲</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.1 自然現象等への配慮に関する基本方針</p> <p>6.1.1 基本方針</p> <p>(3) 外部からの衝撃より防護すべき施設</p> <p>6.2 防護対象施設の範囲</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>象防護対象施設」という。)とする。また、外部事象防護対象施設の防護設計については、外部からの衝撃により外部事象防護対象施設に波及的影響を及ぼすおそれのある外部事象防護対象施設以外の施設についても考慮する。さらに、重大事故等対処設備についても、外部からの衝撃より防護すべき施設に含める。</p> <p>上記以外の設計基準対象施設については、機能を維持すること若しくは損傷を考慮して代替設備により必要な機能を確保すること、安全上支障のない期間での修復等の対応を行うこと又はそれらを適切に組み合わせることにより、その安全性を損なわない設計とする。</p> <p>【7条10】</p>		
<p>2.3.2 設計基準事故時に生じる荷重との組合せ</p> <p>科学的技術的知見を踏まえ、安全機能を有する構築物、系統及び機器のうち、特に自然現象（地震及び津波を除く。）の影響を受けやすく、かつ、代替手段によってその機能の維持が困難であるか、又はその修復が著しく困難な構築物、系統及び機器に対して、大きな影響を及ぼすおそれがあると想定される自然現象（地震及び津波を除く。）により作用する衝撃は設計基準事故時に生じる応力と重なり合わない設計とする。</p>	<p>2.3.2 設計基準事故時及び重大事故等時に生じる荷重との組合せ</p> <p>科学的技術的知見を踏まえ、外部事象防護対象施設及び屋内の重大事故等対処設備のうち、特に自然現象（地震及び津波を除く。）の影響を受けやすく、かつ、代替手段によってその機能の維持が困難であるか、又はその修復が著しく困難な構築物、系統及び機器は、大きな影響を及ぼすおそれがあると想定される自然現象（地震及び津波を除く。）により作用する衝撃が設計基準事故及び重大事故等時に生じる応力と重なり合わない設計とする。</p> <p>【7条11】</p> <p>屋外の重大事故等対処設備は、重大事故等時において、万が一、使用中に機能を喪失した場合であっても、可搬型重大事故等対処設備によるバックアップが可能となるように位置的分散を考慮して可搬型重大事故等対処設備を複数保管する設計とすることにより、想定される自然現象（地震及び津波を除く。）により作用する衝撃が重大事故等時に生じる応力と重なり合わない設計とする。</p> <p>【7条12】</p> <p>具体的には、建屋内に設置される外部事象防護対象施設及び重大事故等対処設備については、建屋によって地震を除く自然現象の影響を防止することにより、設計基準事故又は重大事故等が発生</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-1-1 発電用原子炉施設に対する自然現象等による損傷の防止に関する基本方針</p> <p>2.4 組合せ</p> <p>4.2 設計基準事故又は重大事故等時の荷重の考慮について</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.1 自然現象等への配慮に関する基本方針</p> <p>6.1.1 基本方針</p> <p>(4) 組合せ</p> <p>6.1.3 組合せ</p> <p>(5) 設計基準事故又は重大事故等時の荷重の考慮</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>した場合でも、地震を除く自然現象による影響を受けない設計とする。</p> <p>屋外に設置されている外部事象防護対象施設については、設計基準事故が発生した場合でも、機器の運転圧力や温度等が変わらないため、設計基準事故時荷重が発生するものではなく、自然現象による衝撃と重なることはない。</p> <p>屋外に設置される重大事故等対処設備について、津波に対しては津波高さを考慮した配置、竜巻に対しては位置的分散を考慮した配置並びに竜巻防護設計によって保管中に機能を損なわない設計とするなど、重大事故等が発生した場合でも、重大事故等時の荷重と地震を除く自然現象による衝撃を同時に考慮する必要のない設計とする。</p> <p>したがって、地震を除く自然現象による衝撃と設計基準事故又は重大事故等時の荷重は重なることのない設計とする。</p> <p>【7条13】</p>		
<p>2.3.3 設計方針</p> <p>自然現象（地震及び津波を除く。）及び外部人為事象に係る設計方針に基づき設計する。</p>	<p>2.3.3 設計方針</p> <p>外部事象防護対象施設及び重大事故等対処設備は、以下の自然現象（地震及び津波を除く。）及び人為事象に係る設計方針に基づき設計する。</p> <p>自然現象（地震及び津波を除く。）のうち森林火災、人為事象のうち爆発、近隣工場等の火災、危険物を搭載した車両及び有毒ガスの設計方針については「c. 外部火災」の設計方針に基づき設計する。</p> <p>なお、危険物を搭載した車両については、近隣工場等の火災及び有毒ガスの中で取り扱う。</p> <p>【7条14】</p>	—	— (冒頭宣言)
(1) 自然現象	<p>(1) 自然現象</p> <p>a. 竜巻</p> <p>外部事象防護対象施設は竜巻防護に係る設計時に、設置(変更)許可を受けた最大風速100m/sの竜巻（以下「設計竜巻」という。）が発生した場合について竜巻より防護すべき施設に作用する荷重を設定し、外部事象防護対象施設が安全機能を損なわないよう、それぞれの施設の設置状況等を考慮して影響評価を実施し、外部事象防護対象施設が安全機能を損</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-3-1 竜巻への配慮に関する基本方針 2.1.2 設計竜巻及び設計飛来物の設定</p> <p>V-1-1-2-3-2 竜巻の影響を考慮する施設及び固縛対象物の選定</p> <p>V-1-1-2-3-3 竜巻防護に関する施設の設計方針</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.1 自然現象等への配慮に関する基本方針</p> <p>6.1.1 基本方針</p> <p>(1) 自然現象</p> <p>6.1.2 外部からの衝撃への配慮</p> <p>(3) 竜巻</p> <p>6.2 外部事象防護対象施設の範囲</p> <p>6.3 竜巻</p> <p>(1) 竜巻防護に関する基本方針</p> <p>(2) 竜巻の影響を考慮する施設及び固縛対象</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>なうおそれがある場合は、影響に応じた防護措置その他の適切な措置を講じる設計とする。</p> <p>また、重大事故等対処設備は、「5.1.2 多様性、位置的分散等」の位置的分散、「5.1.3 悪影響防止等」及び「5.1.5 環境条件等」を考慮した設計とする。</p> <p>さらに、外部事象防護対象施設に波及的影響を及ぼす可能性がある施設の影響及び竜巻の随件事象による影響について考慮した設計とする。</p> <p><u>なお、定期的に新知見の確認を行い、新知見が得られた場合に評価を行うことを保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【7条竜1】</p>	<p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>物の選定 (3) 竜巻の影響を考慮する施設</p> <p><下線部> —</p>
	<p>(a) 影響評価における荷重の設定</p> <p>構造強度評価においては、風圧力による荷重、気圧差による荷重及び飛来物の衝撃荷重を組み合わせた設計竜巻荷重並びに竜巻以外の荷重を適切に組み合わせた設計荷重を設定する。</p> <p>風圧力による荷重及び気圧差による荷重としては、設計竜巻の特性値に基づいて設定する。</p> <p>東海発電所を含む当社敷地内において、飛来物の衝撃荷重としては、設置(変更)許可を受けた設計飛来物である鋼製材(長さ4.2m×幅0.3m×高さ0.2m、質量135kg、飛来時の水平速度51m/s、飛来時の鉛直速度34m/s)よりも運動エネルギー又は貫通力が大きな重大事故等対処設備、資機材等は設置場所及び障害物の有無を考慮し、固縛、固定又は外部事象防護対象施設等からの離隔を実施すること、並びに車両については入構管理及び退避を実施することにより飛来物とならない措置を講じることから、設計飛来物が衝突する場合の荷重を設定することを基本とする。さらに、設計飛来物に加えて、竜巻の影響を考慮する施設の設置状況その他環境状況を考慮し、評価</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-3-1 竜巻への配慮に関する基本方針 2.1.2 設計竜巻及び設計飛来物の設定</p> <p>V-1-1-2-3-2 竜巻の影響を考慮する施設及び固縛対象物の選定</p> <p>V-1-1-2-3-3 竜巻防護に関する施設の設計方針</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.3 竜巻</p> <p>(1) 竜巻防護に関する基本方針</p> <p>(2) 竜巻の影響を考慮する施設及び固縛対象物の選定</p> <p>(3) 竜巻の影響を考慮する施設</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>に用いる飛来物の衝突による荷重を設定する。</p> <p>また、当社敷地近傍の隣接事業所から、設計飛来物である鋼製材の運動エネルギー又は貫通力を上回る飛来物が想定される場合は、隣接事業所との合意文書に基づきフェンス等の設置により飛来物となるものを配置できない設計とすること若しくは当該飛来物の衝撃荷重を考慮した設計荷重に対し、外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設を内包する区画の構造健全性を確保する設計とすること若しくは当該飛来物による外部事象防護対象施設の損傷を考慮して、代替設備により必要な機能を確保すること若しくは安全上支障のない期間で修復等の対応を行うこと又はそれらを適切に組み合わせることで、その安全機能を損なわない設計とする。</p> <p>【7条竜2】</p>		
	<p>なお、飛来した場合の運動エネルギー又は貫通力が設計飛来物である鋼製材よりも大きな重大事故等対処設備、資機材等については、その保管場所、設置場所及び障害物の有無を考慮し、外部事象防護対象施設、飛来物の衝突により外部事象防護対象施設の安全機能を損なわないよう設置する防護措置（以下「防護対策施設」という。）及び外部事象防護対象施設を内包する施設に衝突し、外部事象防護対象施設の機能に影響を及ぼす可能性がある場合には、固縛、固定又は外部事象防護対象施設等からの離隔によって浮き上がり又は横滑りにより外部事象防護対象施設の機能に影響を及ぼすような飛来物とならない設計とする。</p> <p><u>重大事故等対処設備、資機材等の固縛、固定又は外部事象防護対象施設からの離隔を実施すること、並びに車両については入構管理及び退避を実施することを保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【7条竜3】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-3-1 竜巻への配慮に関する基本方針 2.1.2 設計竜巻及び設計飛来物の設定</p> <p>V-1-1-2-3-2 竜巻の影響を考慮する施設及び固縛対象物の選定</p> <p>V-1-1-2-3-3 竜巻防護に関する施設の設計方針</p> <p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.3 竜巻</p> <p>(1) 竜巻防護に関する基本方針</p> <p>(2) 竜巻の影響を考慮する施設及び固縛対象物の選定</p> <p>(3) 竜巻の影響を考慮する施設</p> <p><下線部> —</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>(b) 竜巻に対する影響評価及び竜巻防護対策</p> <p>屋外の外部事象防護対象施設は、安全機能を損なわないよう、設計荷重に対して外部事象防護対象施設の構造強度評価を実施し、要求される機能を維持する設計とすることを基本とする。</p> <p>屋内の外部事象防護対象施設については、設計荷重に対して安全機能を損なわないよう、外部事象防護対象施設を内包する施設により防護する設計とすることを基本とし、外気と繋がっている屋内の外部事象防護対象施設及び建屋等による飛来物の防護が期待できない屋内の外部事象防護対象施設は、加わるおそれがある設計荷重に対して外部事象防護対象施設の構造強度評価を実施し、安全機能を損なわないよう、要求される機能を維持する設計とすることを基本とする。</p> <p>外部事象防護対象施設の安全機能を損なうおそれがある場合には、防護措置その他の適切な措置を講じる設計とする。</p> <p>屋外の重大事故等対処設備は、竜巻による風圧力による荷重に対し、外部事象防護対象施設及び同じ機能を有する他の重大事故等対処設備と位置的分散を考慮した保管とすることにより、重大事故等に対処するために必要な機能を有効に発揮する設計とする。</p> <p>屋内の重大事故等対処設備は、竜巻による風圧力による荷重に対し、環境条件を考慮して竜巻による荷重により機能を損なわないように、重大事故等対処設備を内包する施設により防護する設計とすることを基本とする。</p> <p>防護措置として設置する防護対策施設としては、防護ネット（硬鋼線材：線径φ4 mm、網目寸法40 mm）、防護鋼板（炭素鋼：板厚16 mm以上）、架構及び扉（炭素鋼：板厚31.2 mm以上）を設置し、内包する外部事象防護対象施設の機能を損なわないよう、外部事象防護対象施設の機能喪失に至る可能性のある飛来物が外部事象防護対象施設に衝突することを防止</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-3-1 竜巻への配慮に関する基本方針</p> <p>2.1.3 竜巻の影響を考慮する施設の竜巻防護設計方針</p> <p>V-1-1-2-3-2 竜巻の影響を考慮する施設及び固縛対象物の選定</p> <p>V-1-1-2-3-3 竜巻防護に関する施設の設計方針</p> <p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添1 竜巻への配慮が必要な施設の強度に関する説明書</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-11-2-11 海水ポンプエリア防護対策施設の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-11-2-13 タービン建屋の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-11-2-14 サービス建屋の耐震性についての計算書</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.3 竜巻</p> <p>(1) 竜巻防護に関する基本方針</p> <p>(2) 竜巻の影響を考慮する施設及び固縛対象物の選定</p> <p>(3) 竜巻の影響を考慮する施設</p> <p>12. 材料及び構造に係る設計</p> <p>12.2 竜巻への配慮が必要な施設の強度評価</p> <p>12.2.1 竜巻への配慮が必要な施設の強度計算の基本方針</p> <p>(1) 評価対象施設</p> <p>(2) 荷重及び荷重の組合せ並びに許容限界</p> <p>(3) 強度評価方法</p> <p>12.2.2 竜巻への配慮が必要な施設の強度計算</p> <p>(1) 竜巻への配慮が必要な機器・配管系の強度計算の強度計算</p> <p>(2) 竜巻への配慮が必要な建物・構築物の強度設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>する設計とする。防護対策施設は、地震時において外部事象防護対象施設に波及的影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>外部事象防護対象施設及び重大事故等対処設備を内包する施設については、設計荷重に対する構造強度評価を実施し、内包する外部事象防護対象施設及び重大事故等対処設備の機能を損なわないよう、飛来物が、内包する外部事象防護対象施設及び重大事故等対処設備に衝突することを防止可能な設計とすることを基本とする。飛来物が、内包する外部事象防護対象施設及び重大事故等対処設備に衝突し、その機能を損なうおそれがある場合には、防護措置その他の適切な措置を講じる設計とする。</p> <p>また、外部事象防護対象施設及び重大事故等対処設備は、設計荷重により、機械的及び機能的な波及的影響により機能を損なわない設計とする。外部事象防護対象施設に対して、重大事故等対処設備を含めて機械的な影響を及ぼす可能性がある施設は、設計荷重に対し、当該施設の倒壊、損壊等により外部事象防護対象施設に損傷を与えない設計とする。当該施設が機能喪失に陥った場合に外部事象防護対象施設も機能喪失させる機能的影響を及ぼす可能性がある施設は、設計荷重に対し、必要な機能を維持する設計とすることを基本とする。</p> <p>屋外の重大事故等対処設備は、竜巻による風圧力による荷重に対し、外部事象防護対象施設及び重大事故等に対処するために必要な機能に悪影響を及ぼさない設計とする。屋外の重大事故等対処設備は、浮き上がり若しくは横滑りを拘束することにより、悪影響を防止する設計とする。ただし、浮き上がり又は横滑りを拘束する車両等の重大事故等対処設備のうち、地震時の移動等を考慮して地震後の機能を維持する設備は、重大事故等に対処するために必要な機能を損なわないよう、余長</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>を有する固縛で拘束する。</p> <p>屋内の重大事故等対処設備は、竜巻による風圧力による荷重を考慮して他の設備に悪影響を及ぼさないよう、重大事故等対処設備を内包する施設により防護する設計とする。内包する重大事故等対処設備の機能を損なうおそれがある場合には、防護措置その他適切な措置を講じる。</p> <p>【7条竜4】</p> <p>竜巻随件事象を考慮する施設は、過去の竜巻被害の状況及び発電所における施設の配置から竜巻の随件事象として想定される火災、溢水及び外部電源喪失による影響を考慮し、竜巻の随件事象に対する影響評価を実施し、外部事象防護対象施設及び重大事故等対処設備に竜巻による随件事象の影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>竜巻随伴による火災に対しては、火災による損傷の防止における想定に包絡される設計とする。また、竜巻随伴による溢水に対しては、溢水による損傷の防止における溢水量の想定に包絡される設計とする。さらに、竜巻随伴による外部電源喪失に対しては、ディーゼル発電機による電源供給が可能な設計とする。</p> <p>【7条竜5】</p>		
	<p>b. 火山</p> <p>外部事象防護対象施設は、発電所の運用期間中において発電所の安全性に影響を及ぼし得る火山事象として設置(変更)許可を受けた降下火砕物の特性を設定し、その降下火砕物が発生した場合においても、外部事象防護対象施設が安全機能を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>重大事故等対処設備は、「5.1.5 環境条件等」を考慮した設計とする。</p> <p><u>なお、定期的に新知見の確認を行い、新知見が得られた場合に評価することを保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【7条山1】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-4-1 火山への配慮に関する基本方針 2.1 基本方針</p> <p>V-1-1-2-4-2 降下火砕物の影響を考慮する施設の選定</p> <p>V-1-1-2-4-3 降下火砕物の影響を考慮する施設の設計方針</p> <p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.4 火山の影響</p> <p>(1) 火山防護に関する基本方針</p> <p>(2) 降下火砕物の影響を考慮する施設の選定</p> <p>(3) 降下火砕物の影響に対する施設の設計方針</p> <p><下線部> —</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>(a) 防護設計における降下火砕物の特性の設定 設計に用いる降下火砕物は、設置(変更)許可を受けた層厚 50 cm, 粒径 8.0 mm 以下, 密度 0.3 g/cm³ (乾燥状態) ~1.5 g/cm³ (湿潤状態) と設定する。</p> <p>【7条山2】</p> <p>(b) 降下火砕物に対する防護対策 降下火砕物の影響を考慮する施設は、降下火砕物による「直接的影響」及び「間接的影響」に対して、以下の適切な防護措置を講じることで安全機能を損なうおそれがない設計とする。 ただし、放水路ゲート及び排気筒モニタについては、安全上支障のない期間に補修等の対応を行うことで、安全機能を損なわない設計とする。</p> <p>【7条山3】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-4-1 火山への配慮に関する基本方針</p> <p>V-1-1-2-4-2 降下火砕物の影響を考慮する施設の選定</p> <p>V-1-1-2-4-3 降下火砕物の影響を考慮する施設の設計方針</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.4 火山の影響</p> <p>(1) 火山防護に関する基本方針</p> <p>(2) 降下火砕物の影響を考慮する施設の選定</p> <p>(3) 降下火砕物の影響に対する施設の設計方針</p>
	<p>イ. 直接的影響に対する設計方針</p> <p>(イ) 構造物への荷重 外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設に影響を及ぼす可能性のあるクラス3 (安全評価上期待するクラス3を除く。)に属する施設(以下「外部事象防護対象施設に影響を及ぼす可能性のあるクラス3に属する施設」という。)のうち、屋外に設置している施設及び外部事象防護対象施設を内包する施設について、降下火砕物が堆積しやすい構造を有する場合には荷重による影響を考慮する。また、外部事象防護対象施設の安全性を確保するために設置する防護対策施設も荷重による影響を考慮する。これらの施設については、降下火砕物を除去することにより、降下火砕物による荷重並びに火山と組み合わせる積雪及び風(台風)の荷重を短期的な荷重として考慮し、機能を損なうおそれがないよう構造健全性を維持する設計とする。 なお、降下火砕物が長期的に堆積しな</p>	<p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添2-1 火山への配慮が必要な施設の強度計算の方針</p> <p>V-3-別添2-1-1 残留熱除去系海水系ポンプの強度計算書</p> <p>V-3-別添2-1-3 ディーゼル発電機用海水ポンプの強度計算書</p> <p>V-3-別添2-1-2 残留熱除去系海水系ストレーナの強度計算書</p> <p>V-3-別添2-1-4 ディーゼル発電機用海水ストレーナの強度計算書</p> <p>V-3-別添2-1-5 ディーゼル発電機吸気口の強度計算書</p> <p>V-3-別添2-1-6 ディーゼル発電機室ルーフベントファンの強度計算書</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.4 火山の影響</p> <p>(3) 降下火砕物の影響に対する施設の設計方針</p> <p>c. 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>(b) 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>ロ. 構造物への荷重を考慮する施設</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p><u>いよう当該施設に堆積する降下火砕物を除去することを保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>屋内の重大事故等対処設備については、環境条件を考慮して降下火砕物による短期的な荷重により機能を損なわないように、降下火砕物による組合せを考慮した荷重に対し安全裕度を有する建屋内に設置する設計とする。</p> <p>屋外の重大事故等対処設備については、環境条件を考慮して降下火砕物による荷重により機能を損なわないように、降下火砕物を除去することにより、重大事故等対処設備の重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがない設計とする。</p> <p><u>なお、降下火砕物が堆積しないよう屋外の重大事故等対処設備に堆積する降下火砕物を適宜除去することを保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【7条山4】</p>	<p>V-3-別添2-1-7 建屋の強度計算書</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部></p> <p>—</p> <p><下線部></p> <p>—</p>
	<p>(ロ) 閉塞</p> <p>i. 水循環系の閉塞</p> <p>外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設に影響を及ぼす可能性のあるクラス3に属する施設のうち、降下火砕物を含む海水の流路となる施設については、降下火砕物に対し、機能を損なうおそれがないよう、降下火砕物の粒径に対し十分な流路幅を設けることにより、水循環系の狭隘部が閉塞しない設計とする。</p> <p>ii. 換気系、電気系及び計測制御系に対する機械的影響（閉塞）</p> <p>外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設に影響を及ぼす可能性のあるクラス3に属する施設のうち、非常用ディーゼル発電機吸気口及び高圧炉心スプレィ系ディーゼル発電機吸気口の外気取入口は開口部を下向きの構造とすること</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-4-1 火山への配慮に関する基本方針</p> <p>2.1.3 降下火砕物の影響に対する設計方針</p> <p>V-1-1-2-4-2 降下火砕物の影響を考慮する施設の選定</p> <p>V-1-1-2-4-3 降下火砕物の影響を考慮する施設の設計方針</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.4 火山の影響</p> <p>(3) 降下火砕物の影響に対する施設の設計方針</p> <p>c. 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>(b) 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>イ. 降下火砕物の影響を考慮する施設（構造物への荷重を考慮する施設を除く）</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>により，降下火砕物が流路に侵入しにくい設計とする。主排気筒は，降下火砕物が侵入した場合でも，主排気筒の構造から排気流路が閉塞しない設計とする。非常用ガス処理系排気筒は，降下火砕物の侵入防止を目的とする構造物を取り付けることにより，降下火砕物の影響に対して機能を損なわない設計とする。</p> <p>また，外気を取り入れる換気空調設備（外気取入口），非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機の空気の流路にそれぞれフィルタを設置することにより，フィルタメッシュより大きな降下火砕物が内部に侵入しにくい設計とし，さらに降下火砕物がフィルタに付着した場合でも取替え又は清掃が可能な構造とすることで，降下火砕物により閉塞しない設計とする。</p> <p>ディーゼル発電機機関は，フィルタを通過した小さな粒径の降下火砕物が侵入した場合でも，降下火砕物により閉塞しない設計とする。</p> <p>換気空調設備（外気取入口）以外の降下火砕物を含む空気の流路となる換気系，電気系及び計測制御系の施設についても，降下火砕物に対し，機能を損なうおそれがないよう，降下火砕物が侵入しにくい構造，又は降下火砕物が侵入した場合でも，降下火砕物により流路が閉塞しない設計とする。</p> <p><u>なお，降下火砕物により閉塞しないよう外気取入ダンパの閉止，換気空調設備の停止及び閉回路循環運転を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【7条山5】</p>	<p><下線部> 運用に関する記載であり，保安規定にて対応</p>	<p><下線部> —</p>
	<p>(ハ) 摩耗</p> <p>i. 水循環系の内部における摩耗</p> <p>外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設に影響を及ぼす可能性のある</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-4-1 火山への配慮に関する基本方針</p> <p>2.1.3 降下火砕物の影響に対する設計方針</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.4 火山の影響</p> <p>(3) 降下火砕物の影響に対する施設の設計方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>クラス3に属する施設のうち、降下火砕物を含む海水の流路となる施設の内部における摩耗については、主要な降下火砕物は砂と同等又は砂より硬度が低くもろいことから、摩耗による影響は小さい。また当該施設については、定期的な内部点検及び日常保守管理により、状況に応じて補修が可能であり、摩耗により外部事象防護対象施設の安全機能を損なわない設計とする。</p> <p>ii. 換気系、電気系及び計測制御系に対する機械的影響（摩耗）</p> <p>外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設に影響を及ぼす可能性のあるクラス3に属する施設のうち、降下火砕物を含む空気を取り込みかつ摺動部を有する換気系、電気系及び計測制御系の施設については、降下火砕物に対し、機能を損なうおそれがないよう、降下火砕物が侵入しにくい構造とすること又は摩耗しにくい材料を使用することにより、摩耗しにくい設計とする。</p> <p><u>なお、摩耗が進展しないよう外気取入ダンパの閉止、換気空調設備の停止を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【7条山6】</p>	<p>V-1-1-2-4-2 降下火砕物の影響を考慮する施設の選定</p> <p>V-1-1-2-4-3 降下火砕物の影響を考慮する施設の設計方針</p> <p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>c. 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>(b) 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>イ. 降下火砕物の影響を考慮する施設（構造物への荷重を考慮する施設を除く）</p> <p><下線部> —</p>
	<p>(二) 腐食</p> <p>i. 構造物の化学的影響（腐食）</p> <p>外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設に影響を及ぼす可能性のあるクラス3に属する施設のうち、屋外に設置している施設及び外部事象防護対象施設を内包する施設については、降下火砕物に対し、機能を損なうおそれがないよう、耐食性のある材料の使用又は塗装を実施することにより、降下火砕物による短期的な腐食が発生しない設計とする。</p> <p>また、外部事象防護対象施設の安全性を確保するために設置する防護対策施設</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-4-1 火山への配慮に関する基本方針</p> <p>2.1.3 降下火砕物の影響に対する設計方針</p> <p>V-1-1-2-4-2 降下火砕物の影響を考慮する施設の選定</p> <p>V-1-1-2-4-3 降下火砕物の影響を考慮する施設の設計方針</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.4 火山の影響</p> <p>(3) 降下火砕物の影響に対する施設の設計方針</p> <p>c. 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>(b) 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>イ. 降下火砕物の影響を考慮する施設（構造物への荷重を考慮する施設を除く）</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>は、降下火砕物に対し、機能を損なうおそれがないよう、耐食性のある材料の使用又は塗装を実施することにより、降下火砕物による短期的な腐食が発生しない設計とする。</p> <p>なお、長期的な腐食の影響については、日常保守管理等により、状況に応じて補修が可能な設計とする。</p> <p>屋内の重大事故等対処設備については、降下火砕物による短期的な腐食により機能を損なわないように、耐食性のある塗装を実施した建屋内に設置する設計とする。</p> <p>屋外の重大事故等対処設備については、降下火砕物を適宜除去することにより、降下火砕物による腐食に対して重大事故等対処設備の重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがない設計とする。</p> <p><u>なお、屋外の重大事故等対処設備が降下火砕物により腐食しにくいよう降下火砕物の適宜除去を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>ii. 水循環系の化学的影響（腐食）</p> <p>外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設に影響を及ぼす可能性のあるクラス3に属する施設のうち、降下火砕物を含む海水の流路となる施設については、降下火砕物に対し、機能を損なうおそれがないよう、耐食性のある材料の使用又は塗装を実施することにより、降下火砕物による短期的な腐食が発生しない設計とする。</p> <p>なお、長期的な腐食の影響については、日常保守管理等により、状況に応じて補修が可能な設計とする。</p> <p>iii. 換気系、電気系及び計測制御系に対する化学的影響（腐食）</p> <p>外部事象防護対象施設及び外部事象防</p>	<p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部> —</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>護対象施設に影響を及ぼす可能性のあるクラス3に属する施設のうち、降下火砕物を含む空気の流路となる換気系、電気系及び計測制御系の施設については、降下火砕物に対し、機能を損なうおそれがないよう、耐食性のある材料の使用又は塗装を実施することにより、降下火砕物による短期的な腐食が発生しない設計とする。</p> <p>なお、長期的な腐食の影響については、日常保守管理等により、状況に応じて補修が可能な設計とする。</p> <p>【7条山7】</p>		
	<p>(ホ) 発電所周辺の大気汚染</p> <p>外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設に影響を及ぼす可能性のあるクラス3に属する施設のうち、中央制御室換気系については、降下火砕物に対し、機能を損なうおそれがないよう、バグフィルタを設置することにより、降下火砕物が中央制御室に侵入しにくい設計とする。</p> <p>また、中央制御室換気系については、外気取入ダンパの閉止及び閉回路循環運転を可能とすることにより、中央制御室内への降下火砕物の侵入を防止する。さらに外気取入遮断時において、酸素濃度及び二酸化炭素濃度の影響評価を実施し、室内の居住性を確保する設計とする。</p> <p><u>なお、降下火砕物による中央制御室の大気汚染を防止するよう閉回路循環運転の実施等を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【7条山8】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-4-1 火山への配慮に関する基本方針 2.1.3 降下火砕物の影響に対する設計方針</p> <p>V-1-1-2-4-2 降下火砕物の影響を考慮する施設の選定</p> <p>V-1-1-2-4-3 降下火砕物の影響を考慮する施設の設計方針</p> <p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.4 火山の影響</p> <p>(3) 降下火砕物の影響に対する施設の設計方針</p> <p>c. 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>(b) 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>イ. 降下火砕物の影響を考慮する施設 (構造物への荷重を考慮する施設を除く)</p> <p><下線部> —</p>
	<p>(へ) 絶縁低下</p> <p>外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設に影響を及ぼす可能性のあるクラス3に属する施設のうち、空気を取り込む機構を有する電気系及び計測制御系の盤については、降下火砕物に対し、機</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-4-1 火山への配慮に関する基本方針 2.1.3 降下火砕物の影響に対する設計方針</p> <p>V-1-1-2-4-2 降下火砕物の影響を考慮する施</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.4 火山の影響</p> <p>(3) 降下火砕物の影響に対する施設の設計方針</p> <p>c. 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>(b) 降下火砕物の影響を考慮する施設</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>能を損なうおそれがないよう、計測制御設備（安全保護系）の設置場所の換気空調設備にバグフィルタを設置することにより、降下火砕物が侵入しにくい設計とする。</p> <p><u>なお、中央制御室換気系については、降下火砕物による計測制御系の盤の絶縁低下を防止するよう外気取入ダンパの閉止及び閉回路循環運転の実施を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【7条山9】</p>	<p>設の選定</p> <p>V-1-1-2-4-3 降下火砕物の影響を考慮する施設の設計方針</p> <p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>イ. 降下火砕物の影響を考慮する施設（構造物への荷重を考慮する施設を除く）</p> <p><下線部> —</p>
	<p>ロ. 間接的影響に対する設計方針</p> <p>降下火砕物による間接的影響である長期（7日間）の外部電源喪失及び発電所外での交通の途絶によるアクセス制限事象に対し、原子炉及び使用済燃料プールの安全性を損なわないようにするために、7日間の電源供給が継続できるよう、非常用ディーゼル発電機（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を含む。）の燃料を貯蔵するための軽油貯蔵タンク及び燃料を移送するための燃料移送ポンプ等を降下火砕物の影響を受けないよう設置する設計とする。</p> <p>【7条山10】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-4-1 火山への配慮に関する基本方針</p> <p>2.1.3 降下火砕物の影響に対する設計方針</p> <p>V-1-1-2-4-2 降下火砕物の影響を考慮する施設の選定</p> <p>V-1-1-2-4-3 降下火砕物の影響を考慮する施設の設計方針</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.4 火山の影響</p> <p>(3) 降下火砕物の影響に対する施設の設計方針</p> <p>c. 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>(b) 降下火砕物の影響を考慮する施設</p> <p>イ. 降下火砕物の影響を考慮する施設（構造物への荷重を考慮する施設を除く）</p>
	<p>c. 外部火災</p> <p>想定される外部火災において、火災源を発電所敷地内及び敷地外に設定し外部事象防護対象施設に係る温度や距離を算出し、それらによる影響評価を行い、最も厳しい火災が発生した場合においても安全機能を損なわない設計とする。</p> <p>外部事象防護対象施設は、防火帯の設置、離隔距離の確保、建屋による防護によって、安全機能を損なわない設計とする。</p> <p>重大事故等対処設備は、「5.1.2 多様性、位置的分散等」のうち、位置的分散を考慮した設計とする。</p> <p><u>外部火災の影響については、定期的な評価の実施を保安規定に定めて管理する。</u></p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-5-1 外部火災への配慮に関する基本方針</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>V-1-1-2-5-2 外部火災の影響を考慮する施設の選定</p> <p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.5 外部火災</p> <p>(1) 外部火災防護に関する基本方針</p> <p>(2) 外部火災の影響を考慮する施設の選定</p> <p>(3) 外部火災防護における評価の基本方針</p> <p>(4) 外部火災防護における評価方針</p> <p>(5) 外部火災防護における評価の実施</p> <p><下線部> —</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>【7条外1】</p> <p>津波防護施設のうち森林火災の影響を受ける防潮堤の各部位（鋼管杭鉄筋コンクリート防潮壁及び止水ジョイント部）及び防潮扉（以下「森林火災の影響を受ける津波防護施設」という。）に対し、森林火災の最大火炎輻射強度による熱影響を考慮した離隔距離を確保する設計とする。なお、森林火災の影響を受ける津波防護施設と植生との間の離隔距離を確保するために管理が必要となる隣接事業所敷地については、隣接事業所との合意文書に基づき、必要とする植生管理を当社が実施する。また、保安規定に植生管理（隣接事業所を含む）により必要となる離隔距離を維持することを定め管理することで津波防護施設の機能を維持する設計とする。</p> <p>【7条外2】</p>		
	<p>(a) 防火帯幅の設定に対する設計方針</p> <p>自然現象として想定される森林火災については、森林火災シミュレーション解析コードを用いて求めた最大火線強度から設定し、設置（変更）許可を受けた防火帯（約23m）を敷地内に設ける設計とする。また、防火帯は延焼防止効果を損なわない設計とし、防火帯に可燃物を含む機器等を設置する場合は必要最小限とする。</p> <p>【7条外3】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-5-1 外部火災への配慮に関する基本方針</p> <p>2.1.2 外部火災より防護すべき施設の設計方針</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.5 外部火災</p> <p>(1) 外部火災防護に関する基本方針</p> <p>b. 外部火災より防護すべき施設の設計方針</p>
	<p>(b) 発電所敷地内の火災・爆発源に対する設計方針</p> <p>火災・爆発源として、森林火災、発電所敷地内に設置する屋外の危険物タンク、危険物貯蔵所、常時危険物を貯蔵する一般取扱所、危険物を搭載した車両及び危険物を内包する貯蔵設備以外の設備（以下「危険物貯蔵施設等」という。）の火災・爆発、航空機墜落による火災、敷地内の危険物貯蔵施設等の火災と航空機墜落による火災が同時に発生した場合の重畳火災を想定し、火災源からの外部事象防護対象施設への熱影響を評価する。ただし、放水路ゲートについては、航空機落下を起因として津</p>	<p>V-1-1-2 耐震設計上重要な設備を設置する施設に関する説明書（自然現象への配慮に関する説明を含む。）</p> <p>V-1-1-2-5-1 外部火災への配慮に関する基本方針</p> <p>2.1.2 外部火災より防護すべき施設の設計方針</p> <p>V-1-1-2-5-2 外部火災の影響を考慮する施設の選定</p> <p>V-1-1-2-5-3 外部火災防護における評価の基本方針</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.5 外部火災</p> <p>(3) 外部火災防護における評価の基本方針</p> <p>(4) 外部火災防護における評価方針</p> <p>(5) 外部火災防護における評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>波が発生することはないこと及び放水路ゲートは、大量の放射性物質を蓄えておらず、原子炉の安全停止（炉心冷却を含む。）機能を有していないため、航空機落下確率を算出する標的面積として抽出しないことから、航空機墜落による火災は設計上考慮しない。</p> <p>また、排気筒モニタについては、安全上支障のない期間に補修等の対応を行うことで、安全機能を損なわない設計とする。</p> <p>外部事象防護対象施設の評価条件を以下のように設定し、評価する。評価結果より火災源ごとに輻射強度、燃焼継続時間等を求め、外部事象防護対象施設を内包する建屋（垂直外壁面及び天井スラブから選定した、火災の輻射に対して最も厳しい箇所）の表面温度が許容温度（200℃）となる危険距離及び屋外の外部事象防護対象施設の温度が許容温度（主排気筒の表面温度及び放水路ゲート駆動装置外殻の表面温度325℃並びに非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機（以下「非常用ディーゼル発電機（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を含む。）」という。）の流入空気温度53℃並びに残留熱除去系海水系ポンプの冷却空気温度70℃並びに非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機用海水ポンプ（以下「非常用ディーゼル発電機（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を含む。）用海水ポンプ」という。）の冷却空気温度60℃）となる危険距離を算出し、その危険距離を上回る離隔距離を確保する設計、又は建屋表面温度及び屋外の外部事象防護対象施設の温度を算出し、その温度が許容温度を満足する設計とする。</p> <p>爆発源として、ガス爆発の爆風圧が0.01MPaとなる危険限界距離を算出し、その危険限界距離を上回る離隔距離を確保する設計とする。</p> <p>・森林火災については、発電所周辺の植生を確</p>	<p>2.1.1 発電所敷地内に対する評価の基本方針</p> <p>V-1-1-2-5-4 外部火災防護に関する許容温度設定根拠</p> <p>V-1-1-2-5-5 外部火災防護における評価方針</p> <p>V-1-1-2-5-6 外部火災防護における評価条件及び評価結果</p>	

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>認し、作成した植生データ等を基に求めた、防火帯の外縁(火炎側)付近における最大火炎輻射強度(建屋評価においては444 kW/m²、その他評価においては442 kW/m²)による危険距離を求め評価する。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・発電所敷地内に設置する危険物貯蔵施設等の火災については、貯蔵量等を勘案して火災源ごとに建屋表面温度及び屋外の外部事象防護対象施設の温度を求め評価する。<u>また、燃料補充用のタンクローリ火災が発生した場合の影響については、燃料補充時は監視人が立会を実施することを保安規定に定めて管理し、万一の火災発生時は速やかに消火活動が可能とすることにより、外部事象防護対象施設に影響がない設計とする。</u> ・発電所敷地内に設置する危険物貯蔵施設等の爆発については、ガス爆発の爆風圧が0.01 MPaとなる危険限界距離を求め評価する。 ・航空機墜落による火災については、「実用発電用原子炉施設への航空機落下確率の評価基準について」(平成21・06・25原院第1号(平成21年6月30日原子力安全・保安院一部改正))により落下確率が10⁻⁷(回/炉・年)となる面積及び離隔距離を算出し、外部事象防護対象施設への影響が最も厳しくなる地点で火災が起こることを想定し、建屋表面温度及び屋外の外部事象防護対象施設の温度を求め評価する。 <p>【7条外4】</p> <ul style="list-style-type: none"> ・敷地内の危険物貯蔵施設等の火災と航空機墜落火災の重畳については、各々の火災の評価条件により算出した輻射強度、燃焼継続時間等により、外部事象防護対象施設の受熱面に対し、最も厳しい条件となる火災源と外部事象防護対象施設を選定し、建屋表面温度及び屋外の外部事象防護対象施設の温度を求め評価する。 	<p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部> —</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>【7条外5】</p> <p>(c) 発電所敷地外の火災・爆発源に対する設計方針 発電所敷地外での火災・爆発源に対して、必要な離隔距離を確保することで、外部事象防護対象施設の安全機能を損なわない設計とする。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・発電所敷地外 10 km 以内の範囲において、火災により発電用原子炉施設に影響を及ぼすような石油コンビナート施設は存在しないため、火災による発電用原子炉施設への影響については考慮しない。 <p>【7条外6】</p> <ul style="list-style-type: none"> ・発電所敷地外半径 10 km 以内の産業施設、燃料輸送車両及び発電所近くを航行する船舶の火災については、外部事象防護対象施設を内包する建屋（垂直外壁面及び天井スラブから選定した、火災の輻射に対して最も厳しい箇所）の表面温度が許容温度となる危険距離及び屋外の外部事象防護対象施設の温度が許容温度となる危険距離を算出し、その危険距離を上回る離隔距離を確保する設計とする。 ・発電所敷地外半径 10 km 以内の産業施設、燃料輸送車両及び発電所近くを航行する船舶の爆発については、ガス爆発の爆風圧が 0.01 MPa となる危険限界距離を算出し、その危険限界距離を上回る離隔距離を確保する設計とする。また、ガス爆発による容器破損時に破片に対して、必要な離隔距離を確保することで、外部事象防護対象施設の安全機能を損なわない設計とする。 <p>【7条外7】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-5-1 外部火災への配慮に関する基本方針</p> <p>2.1.2 外部火災より防護すべき施設の設計方針</p> <p>V-1-1-2-5-3 外部火災防護における評価の基本方針</p> <p>2.1.2 発電所敷地外に対する評価の基本方針</p> <p>V-1-1-2-5-5 外部火災防護における評価方針</p> <p>V-1-1-2-5-6 外部火災防護における評価条件及び評価結果</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.5 外部火災</p> <p>(4) 外部火災防護における評価方針</p>
	<p>(d) 二次的影響（ばい煙）に対する設計方針 屋外に開口しており空気の流路となる施設及び換気空調設備に対し、ばい煙の侵入を防止するため適切な防護対策を講じることで、外部事象防護対象施設の安全機能を損なわない設計とする。</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-5-1 外部火災への配慮に関する基本方針</p> <p>2.1.2 外部火災より防護すべき施設の設計方針</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.5 外部火災</p> <p>(4) 外部火災防護における評価方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>イ. 換気空調設備</p> <p>外部火災によるばい煙が発生した場合には、侵入を防止するためフィルタを設置する設計とする。</p> <p><u>なお、室内に滞在する人員の環境劣化を防止するために、ばい煙の侵入を防止するよう外気取入ダンパの閉止及び閉回路循環運転の実施による外気の遮断を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>ロ. 計測制御設備（安全保護系）</p> <p>外部事象防護対象施設のうち空調系統にて空調管理されており間接的に外気と接する制御盤や施設については、空調系統にフィルタを設置することによりばい煙が侵入しにくい設計とする。</p> <p>ハ. 非常用ディーゼル発電機（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を含む。）</p> <p>非常用ディーゼル発電機（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を含む。）については、フィルタを設置することによりばい煙が侵入しにくい設計とする。</p> <p>また、ばい煙が侵入したとしてもばい煙が流路に溜まりにくい構造とし、ばい煙により閉塞しない設計とする。</p> <p>ニ. 残留熱除去系海水系ポンプ及び非常用ディーゼル発電機（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を含む。）用海水ポンプ</p> <p>残留熱除去系海水系ポンプ及び非常用ディーゼル発電機（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を含む。）用海水ポンプについては、モータ部を全閉構造とすることにより、ばい煙により閉塞しない設計とする。</p> <p>空気冷却部は、ばい煙が侵入した場合においてもばい煙が流路に溜まりにくい構造とし、ばい煙により閉塞しない設計とする。</p> <p>【7条外8】</p>	<p>V-1-1-2-5-2 外部火災の影響を考慮する施設の選定</p> <p>2.3 外部火災の二次的影響（ばい煙）を考慮する施設の選定</p> <p>V-1-1-2-5-7 二次的影響（ばい煙）及び有毒ガスに対する設計</p> <p>2.1 二次的影響（ばい煙）に対する設計</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部></p> <p>—</p>
	<p>(e) 有毒ガスに対する設計方針</p> <p>外部火災起因を含む有毒ガスが発生した場合には、室内に滞在する人員の環境劣化を防</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-5-1 外部火災への配慮に関する基本</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.5 外部火災</p> <p>(4) 外部火災防護における評価方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>止するために設置した外気取入ダンパを閉止し、建屋内の空気を閉回路循環運転させることにより、有毒ガスの侵入を防止する設計とする。</p> <p><u>なお、外気取入ダンパの閉止及び閉回路循環運転の実施による外気の遮断を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>主要道路、鉄道線路、定期航路及び石油コンビナート施設は離隔距離を確保することで事故等による火災に伴う発電所への有毒ガスの影響がない設計とする。</p> <p>【7条外9】</p>	<p>方針</p> <p>2.1.2 外部火災より防護すべき施設の設計方針</p> <p>V-1-1-2-5-2 外部火災の影響を考慮する施設の選定</p> <p>2.3 有毒ガスの影響を考慮する施設の選定</p> <p>V-1-1-2-5-7 二次的影響（ばい煙）及び有毒ガスに対する設計</p> <p>2.2 有毒ガスに対する設計</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部></p> <p>—</p>
<p>d. 風（台風）</p> <p>安全機能を有する構築物、系統及び機器は、風荷重を建築基準法に基づき設定し、安全機能を有する構築物、系統及び機器及びそれらの施設を内包する建屋の構造健全性を確保することで、その安全性を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>e. 凍結</p> <p>安全機能を有する構築物、系統及び機器は、屋外施設で凍結のおそれのあるものは凍結防止対策を行う設計とする。</p> <p>f. 降水</p> <p>安全機能を有する構築物、系統及び機器は、降水による浸水に対して、観測記録を上回る排水能力を有する構内排水路を設けて海域へ排水を行う設計とする。</p> <p>降水による荷重に対して、排水口及び構内排水路による海域への排水により、安全機能を有する構築物、系統及び機器は及びそれらの施設を内包</p>	<p>d. 風（台風）</p> <p>外部事象防護対象施設は、風荷重を建築基準法に基づき設定し、外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設を内包する建屋の構造健全性を確保することで、外部事象防護対象施設の安全性を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>【7条15】</p> <p>重大事故等対処設備は、建屋内への設置又は設計基準対象施設と位置的分散を図り設置する。</p> <p>【7条16】</p> <p>e. 凍結</p> <p>外部事象防護対象施設及び重大事故等対処設備は、凍結に対して、最低気温を考慮し、屋外設備で凍結のおそれのあるものは凍結防止対策を行う設計とする。</p> <p>【7条17】</p> <p>f. 降水</p> <p>外部事象防護対象施設は、降水による浸水に対して、設計基準降水量を上回る排水能力を有する構内排水路を設けて海域へ排水を行う設計とする。</p> <p>降水による荷重に対して、排水口及び構内排水路による海域への排水により、外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設を内包する</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-1-1 発電用原子炉施設に対する自然現象等による損傷の防止に関する基本方針</p> <p>3.1.1 自然現象に対する具体的な設計上の考慮</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.1 自然現象等への配慮に関する基本方針</p> <p>6.1.2 外部からの衝撃への配慮</p> <p>(2) 風（台風）</p> <p>(4) 凍結</p> <p>(5) 降水</p> <p>(6) 積雪</p> <p>(7) 落雷</p> <p>(9) 生物学的事象</p> <p>(11) 高潮</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>する建屋の構造健全性を確保することで、その安全性を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>g. 積雪 安全機能を有する構築物、系統及び機器は、積雪荷重を建築基準法に基づき設定し、安全機能を有する構築物、系統及び機器及びそれらの施設を内包する建屋の構造健全性を確保することで、その安全性を損なわない設計とする。</p> <p>h. 落雷 安全機能を有する構築物、系統及び機器は、発電所の雷害防止対策として、建築基準法に基づき原子炉建屋等への避雷針の設置を行うとともに、雷サージに対して、接地網の敷設による接地抵抗の低減等及び安全保護系への雷サージ侵入の抑制を図る回路設計を行う設計とする。</p> <p>i. 生物学的事象 安全機能を有する構築物、系統及び機器は、生物学的事象に対して、海生生物であるクラゲ等の発生を考慮して除塵装置及び海水ストレーナを設置し、必要に応じて塵芥を除去する設計とする。また、小動物の侵入に対して、屋内設備は、</p>	<p>建屋の構造健全性を確保することで、外部事象防護対象施設の安全性を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>【7条18】 重大事故等対処設備は、降水に対して防水対策を行う設計とする。</p> <p>【7条19】 g. 積雪 外部事象防護対象施設は、積雪荷重を建築基準法に基づき設定し、積雪による荷重及び閉塞に対して外部事象防護対象施設及び外部事象防護対象施設を内包する建屋の構造健全性を確保することで、外部事象防護対象施設の安全性を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>【7条20】 重大事故等対処設備は、除雪により、積雪荷重に対してその必要な機能が損なうおそれがない設計とする。</p> <p>【7条21】 <u>なお、除雪を適宜実施することを保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【7条22】 h. 落雷 外部事象防護対象施設は、発電所の雷害防止対策として、原子炉建屋等への避雷針の設置を行うとともに、設計基準電流値による雷サージに対して、接地網の敷設による接地抵抗の低減等及び安全保護系への雷サージ侵入の抑制を図る回路設計を行う設計とする。</p> <p>【7条23】 重大事故等対処設備は、必要に応じ避雷設備又は接地設備により防護する設計とする。</p> <p>【7条24】 i. 生物学的事象 外部事象防護対象施設は、生物学的事象に対して、海生生物であるクラゲ等の発生を考慮して除塵装置及び海水ストレーナを設置し、必要に応じて塵芥を除去する設計とする。また、小動物の侵入に対して、屋内設備は、建屋止水処置に</p>	<p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部> —</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>建屋止水処置により、屋外設備は、端子箱貫通部の閉止処置を行う設計とする。</p> <p>j. 高潮 安全機能を有する構築物、系統及び機器は、高潮の影響を受けない敷地高さ（T.P.（東京湾中等潮位）+3.3 m）以上に設置することにより、高潮により影響を受けることがない設計とする。</p>	<p>より、屋外設備は、端子箱貫通部の閉止処置を行う設計とする。</p> <p>【7条25】 重大事故等対処設備は、生物学的事象に対して、小動物の侵入を防止し、海生生物に対して、侵入を防止する又は予備を有する設計とする。</p> <p>【7条26】 j. 高潮 外部事象防護対象施設及び重大事故等対処設備（非常用取水設備を除く。）は、高潮の影響を受けない敷地高さ（T.P.（東京湾中等潮位）+3.3 m）以上に設置することにより、高潮により影響を受けることがない設計とする。</p> <p>【7条27】</p>		
<p>(2) 外部人為事象</p> <p>a. 電磁的障害 安全機能を有する構築物、系統及び機器は、電磁波の侵入を防止する設計とする。</p>	<p>(2) 人為事象</p> <p>a. 船舶の衝突 外部事象防護対象施設は、航路からの離隔距離を確保すること、小型船舶が発電所近傍で漂流した場合でも、防波堤等に衝突して止まること及び呑み口が広いことにより船舶の衝突による取水性を損なうことのない設計とする。</p> <p>重大事故等対処設備は、航路からの離隔距離を確保すること、小型船舶が発電所近傍で漂流した場合でも、防波堤に衝突して止まること及び設計基準対象施設との位置的分散により船舶の衝突による取水性を損なうことのない設計とする。</p> <p>【7条28】</p> <p>b. 電磁的障害 外部事象防護対象施設及び重大事故等対処設備のうち電磁波に対する考慮が必要な機器は、電磁波によりその機能を損なうことがないよう、ラインフィルタや絶縁回路の設置、又は鋼製管体や金属シールド付ケーブルの適用等により、電磁波の侵入を防止する設計とする。</p> <p>【7条29】</p> <p>c. 航空機の墜落 重大事故等対処設備は、建屋内に設置するか、又は屋外において設計基準対象施設等と位置的</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-1-1 発電用原子炉施設に対する自然現象等による損傷の防止に関する基本方針</p> <p>3.2.1 人為事象に対する具体的な設計上の配慮</p>	<p>6. 自然現象等への配慮に関する設計</p> <p>6.1 自然現象等への配慮に関する基本方針</p> <p>6.1.2 外部からの衝撃への配慮</p> <p>(15) 船舶の衝突</p> <p>(16) 電磁的障害</p> <p>(17) 航空機の墜落</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	分散を図り設置する。 【7条30】		
3. 火災 3.1 火災による損傷の防止 原子炉冷却系統施設の火災による損傷の防止の基本設計方針については、火災防護設備の基本設計方針に基づく設計とする。	3. 火災 3.1 火災による損傷の防止 原子炉冷却系統施設の火災による損傷防止の基本設計方針については、火災防護設備の基本設計方針に基づく設計とする。	— 「火災防護設備」の工認添付説明書	9. 火災による損傷の防止 V-1-10-12「火災防護設備」の様式-1
4. 溢水等	4. 溢水等 4.1 溢水等による損傷の防止 原子炉冷却系統施設の溢水等による損傷防止の基本設計方針については、浸水防護施設の基本設計方針に基づく設計とする。	— 「浸水防護施設」の工認添付説明書	10. 溢水による損傷防止の設計 V-1-10-13「浸水防護施設」の様式-1
5. 設備に対する要求 5.1 安全設備, 設計基準対象施設 5.1.1 通常運転時の一般要求 (1) 設計基準対象施設の機能 設計基準対象施設は、通常運転時において発電用原子炉の反応度を安全かつ安定的に制御でき、かつ、運転時の異常な過渡変化時においても発電用原子炉固有の出力抑制特性を有するとともに、発電用原子炉の反応度を制御することにより、核分裂の連鎖反応を制御できる能力を有する設計とする。 (2) 通常運転時に漏えいを許容する場合の措置 設計基準対象施設は、通常運転時において、放射性物質を含む液体を内包する容器、配管、ポンプ、弁その他の設備から放射性物質を含む液体があふれ出た場合においては、系統外に漏えいさせることなく、各建屋等に設けられた機器ドレン又は床ドレン等のサンプル又はタンクに収集し、液体廃棄物処理設備に送水する設計とする。	5. 設備に対する要求 5.1 安全設備, 設計基準対象施設 5.1.1 通常運転時の一般要求 (1) 設計基準対象施設の機能 設計基準対象施設は、通常運転時において発電用原子炉の反応度を安全かつ安定的に制御でき、かつ、運転時の異常な過渡変化時においても発電用原子炉固有の出力抑制特性を有するとともに、発電用原子炉の反応度を制御することにより、核分裂の連鎖反応を制御できる能力を有する設計とする。 【15条1】 (2) 通常運転時に漏えいを許容する場合の措置 設計基準対象施設は、通常運転時において、放射性物質を含む液体を内包する容器、配管、ポンプ、弁その他の設備から放射性物質を含む液体があふれ出た場合においては、系統外に漏えいさせることなく、各建屋等に設けられた機器ドレン又は床ドレン等のサンプル又はタンクに収集し、液体廃棄物処理設備に送水する設計とする。 【15条4】	—	— (追加要求事項なし)
5.1.2 多様性, 位置的分散等 (1) 多重性又は多様性及び独立性 設置許可基準規則第12条第2項に規定される「安全機能を有する系統のうち、安全機能の重要度が特に高い安全機能を有するもの」(解釈を含む。)は、当該系統を構成する機器に「(2) 単一故障」にて	5.1.2 多様性, 位置的分散等 (1) 多重性又は多様性及び独立性 設置許可基準規則第12条第2項に規定される「安全機能を有する系統のうち、安全機能の重要度が特に高い安全機能を有するもの」(解釈を含む。)は、当該系統を構成する機器に「(2) 単一故	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
記載する単一故障が発生した場合であって、外部電源が利用できない場合においても、その系統の安全機能を達成できるよう、十分高い信頼性を確保し、かつ維持し得る設計とし、原則、多重性又は多様性及び独立性を備える設計とする。	障」にて記載する単一故障が発生した場合であって、外部電源が利用できない場合においても、その系統の安全機能を達成できるよう、十分高い信頼性を確保し、かつ維持し得る設計とし、原則、多重性又は多様性及び独立性を備える設計とする。 【14条1】		
	<p>重大事故等対処設備は、共通要因として、環境条件、自然現象、発電所敷地又はその周辺において想定される発電用原子炉施設の安全性を損なわせる原因となるおそれがある事象であって人為によるもの（以下「外部人為事象」という。）、溢水、火災及びサポート系の故障を考慮する。</p> <p>【54条1】 発電所敷地で想定される自然現象として、地震、津波（敷地に遡上する津波を含む。）、風（台風）、竜巻、凍結、降水、積雪、落雷、火山の影響、生物学的事象、森林火災及び高潮を選定する。</p> <p>【54条2】 自然現象の組合せについては、地震、津波（敷地に遡上する津波を含む。）、風（台風）、積雪及び火山の影響を考慮する。</p> <p>【54条3】 外部人為事象として、飛来物（航空機落下）、爆発、近隣工場等の火災、危険物を搭載した車両、有毒ガス、船舶の衝突、電磁的障害及び故意による大型航空機の衝突その他のテロリズムを選定する。</p> <p>【54条4】 故意による大型航空機の衝突その他のテロリズムについては、可搬型重大事故等対処設備による対策を講じることとする。</p> <p>【54条5】 接続口から建屋内に水又は電力を供給する経路については、常設重大事故等対処設備として設計する。</p> <p>【54条110】 建屋等については、地震、津波（敷地に遡上する津波を含む。）、火災及び外部からの衝撃による損傷を防止できる設計とする。</p> <p>【54条6】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(1) 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>重大事故緩和設備についても、共通要因の特性を踏まえ、可能な限り多様性を確保し、位置的分散を図ることを考慮する。</p> <p>【54条7】</p>		
	<p>a. 常設重大事故等対処設備</p> <p>常設重大事故防止設備は、設計基準事故対処設備並びに使用済燃料プールの冷却設備及び注水設備（以下「設計基準事故対処設備等」という。）の安全機能と共通要因によって同時にその機能が損なわれるおそれがないよう、共通要因の特性を踏まえ、可能な限り多様性、独立性、位置的分散を考慮して適切な措置を講じる設計とする。</p> <p>ただし、常設重大事故防止設備のうち、計装設備について、重大事故等に対処するために監視することが必要なパラメータの計測が困難となった場合に、当該パラメータを推定するために必要なパラメータと異なる物理量又は測定原理とする等、重大事故等に対処するために監視することが必要なパラメータに対して可能な限り多様性を有する方法により計測できる設計とするとともに、可能な限り位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【54条8】</p> <p>環境条件に対しては、想定される重大事故等が発生した場合における温度、放射線、荷重及びその他の使用条件において、常設重大事故防止設備がその機能を確実に発揮できる設計とする。重大事故等時の環境条件における健全性については「5.1.5 環境条件等」に基づく設計とする。</p> <p>風（台風）及び竜巻のうち風荷重、凍結、降水、積雪、火山の影響並びに電磁的障害に対して常設重大事故防止設備は、環境条件にて考慮し機能が損なわれない設計とする。</p> <p>【54条9】</p> <p>常設重大事故防止設備は、「1. 地盤等」に基づく地盤に設置するとともに、地震、津波（敷地に遡上する津波を含む。）及び火災に対</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(1) 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>して、「2.1 地震による損傷の防止」、「2.2 津波による損傷の防止」及び「3.1 火災による損傷の防止」に基づく設計とする。</p> <p>【54条10】 溢水に対しては、可能な限り多様性を有し、位置的分散を図ることで、想定する溢水水位に対して同時に機能を損なうことのない設計とする。</p> <p>【54条111】 地震、津波（敷地に遡上する津波を含む。）、溢水及び火災に対して常設重大事故防止設備は、設計基準事故対処設備等と同時に機能を損なうおそれがないように、可能な限り設計基準事故対処設備等と位置的分散を図る。</p> <p>【54条11】 風（台風）、竜巻、落雷、生物学的事象、森林火災、爆発、近隣工場等の火災、危険物を搭載した車両、有毒ガス及び船舶の衝突に対して、常設重大事故防止設備は、外部からの衝撃による損傷の防止が図られた建屋等内に設置するか、又は設計基準事故対処設備等と同時に機能が損なわれないように、設計基準事故対処設備等と位置的分散を図り、屋外に設置する。</p> <p>【54条12】 落雷に対して常設代替交流電源設備は、避雷設備等により防護する設計とする。</p> <p>【54条13】 生物学的事象のうちネズミ等の小動物に対して屋外の常設重大事故防止設備は、侵入防止対策により重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれのない設計とする。 生物学的事象のうちクラゲ等の海生生物からの影響を受けるおそれのある常設重大事故防止設備は、侵入防止対策により重大事故等に対処するための必要な機能が損なわれるおそれのない設計とする。</p> <p>【54条14】 高潮に対して常設重大事故防止設備（非常用取水設備を除く。）は、高潮の影響を受けない</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>敷地高さに設置する。</p> <p>【54条15】 飛来物（航空機落下）に対して常設重大事故防止設備は、設計基準事故対処設備等と同時にその機能が損なわれないように、設計基準事故対処設備等と位置的分散を図り設置する。</p> <p>【54条16】 常設重大事故緩和設備についても、共通要因の特性を踏まえ、可能な限り上記を考慮して多様性、位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【54条17】 サポート系の故障に対しては、系統又は機器に供給される電力、空気、油及び冷却水を考慮し、常設重大事故防止設備は設計基準事故対処設備等と異なる駆動源、冷却源を用いる設計、又は駆動源、冷却源が同じ場合は別の手段が可能な設計とする。また、常設重大事故防止設備は設計基準事故対処設備等と可能な限り異なる水源をもつ設計とする。</p> <p>【54条18】</p>		
	<p>b. 可搬型重大事故等対処設備 可搬型重大事故防止設備は、設計基準事故対処設備等又は常設重大事故防止設備と共通要因によって同時にその機能が損なわれるおそれがないよう、共通要因の特性を踏まえ、可能な限り多様性、独立性、位置的分散を考慮して適切な措置を講じる設計とする。</p> <p>【54条19】 また、可搬型重大事故等対処設備は、地震、津波（敷地に遡上する津波を含む。）、その他自然現象又は故意による大型航空機の衝突その他のテロリズム、設計基準事故対処設備等及び重大事故等対処設備の配置その他の条件を考慮した上で常設重大事故等対処設備と異なる保管場所に保管する設計とする。</p> <p>【54条20】 環境条件に対しては、想定される重大事故等が発生した場合における温度、放射線、荷重及びその他の使用条件において、可搬型重大事故</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(1) 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>等対処設備がその機能を確実に発揮できる設計とする。重大事故等時の環境条件における健全性については「5.1.5 環境条件等」に基づく設計とする。可搬型重大事故等対処設備は、風（台風）及び竜巻のうち風荷重に対して、外部からの衝撃による損傷の防止が図られた建屋等に保管するか、又は設計基準事故対処設備等及び常設重大事故等対処設備とと同時に機能が損なわれないように、設計基準事故対処設備等の配置も含めて常設重大事故等対処設備と位置的分散を図り、屋外に保管する設計とし、凍結、降水、積雪、火山の影響並びに電磁的障害に対しては、環境条件にて考慮し機能が損なわれない設計とする。</p> <p>【54条21】</p> <p>地震に対して、屋内の可搬型重大事故等対処設備は、「1. 地盤等」に基づく地盤に設置された建屋内に保管する。屋外の可搬型重大事故等対処設備は、転倒しないことを確認する、又は必要により固縛等の処置をするとともに、地震により生ずる敷地下斜面のすべり、液状化又は揺すり込みによる不等沈下、傾斜及び浮き上がり、地盤支持力の不足、地中埋設構造物の損壊等の影響により必要な機能を喪失しない位置に保管する設計とする。</p> <p>【54条22】</p> <p>地震及び津波（敷地に遡上する津波を含む。）に対して可搬型重大事故等対処設備は、「2.1 地震による損傷の防止」及び「2.2 津波による損傷の防止」にて考慮された設計とする。</p> <p>【54条23】</p> <p>火災に対して可搬型重大事故等対処設備は「3.1 火災による損傷の防止」に基づく火災防護を行う。</p> <p>【54条24】</p> <p>重大事故等対処設備に期待する機能については、溢水影響を受けて設計基準事故対処設備等と同時に機能を損なうおそれがないよう、被水及び蒸気影響に対しては可能な限り設計基準事故対処設備等と位置的分散を図り、没水の影響</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>に対しては溢水水位を考慮した位置に設置又は保管する。</p> <p>【54条25】</p> <p>地震，津波（敷地に遡上する津波を含む。），溢水及び火災に対して可搬型重大事故等対処設備は，設計基準事故対処設備等及び常設重大事故等対処設備と同時に機能を損なうおそれがないように，設計基準事故対処設備等の配置も含めて常設重大事故等対処設備と位置的分散を図り，複数箇所に分散して保管する設計とする。</p> <p>【54条26】</p> <p>風（台風），竜巻，落雷，生物学的事象，森林火災，爆発，近隣工場等の火災，危険物を搭載した車両，有毒ガス及び船舶の衝突に対して，可搬型重大事故等対処設備は，外部からの衝撃による損傷の防止が図られた建屋等内に保管するか，又は設計基準事故対処設備等及び常設重大事故等対処設備と同時に必要な機能を損なうおそれがないように，設計基準事故対処設備等の配置も含めて常設重大事故等対処設備と位置的分散を図り，防火帯の内側の複数箇所に分散して保管する設計とする。</p> <p>クラゲ等の海生生物の影響を受けるおそれのある屋外の可搬型重大事故等対処設備は，予備を有する設計とする。</p> <p>【54条27】</p> <p>高潮に対して可搬型重大事故等対処設備は，高潮の影響を受けない敷地高さに保管する設計とする。</p> <p>飛来物（航空機落下）及び故意による大型航空機の衝突その他のテロリズムに対して，屋内の可搬型重大事故等対処設備は，可能な限り設計基準事故対処設備等の配置も含めて常設重大事故等対処設備と位置的分散を図り複数箇所に分散して保管する設計とする。</p> <p>【54条28】</p> <p>屋外に保管する可搬型重大事故等対処設備は，原子炉建屋，常設代替高圧電源装置置場，常設低圧代替注水系ポンプ室，格納容器圧力逃</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>がし装置格納槽，緊急用海水ポンプピット，海水ポンプエリアから100 m以上の離隔距離を確保するとともに，当該可搬型重大事故等対処設備がその機能を代替する屋外の設計基準事故対処設備等及び常設重大事故等対処設備から100 m以上の離隔距離を確保した上で，複数箇所に分散して保管する設計とする。</p> <p>【54条29】</p> <p>サポート系の故障に対しては，系統又は機器に供給される電力，空気，油及び冷却水を考慮し，可搬型重大事故防止設備は，設計基準事故対処設備等又は常設重大事故防止設備と異なる駆動源，冷却源を用いる設計とするか，駆動源，冷却源が同じ場合は別の手段が可能な設計とする。また，水源についても可能な限り，異なる水源を用いる設計とする。</p> <p>【54条30】</p>		
	<p>c. 可搬型重大事故等対処設備と常設重大事故等対処設備の接続口</p> <p>原子炉建屋の外から水又は電力を供給する可搬型重大事故等対処設備と常設設備との接続口は，共通要因によって接続することができなくなることを防止するため，それぞれ互いに異なる複数の場所に設置する設計とする。</p> <p>【54条31】</p> <p>環境条件に対しては，想定される重大事故等が発生した場合における温度，放射線，荷重及びその他の使用条件において，その機能を確実に発揮できる設計とするとともに，接続口は，建屋等内及び建屋等壁面の適切に離隔した隣接しない位置に複数箇所設置する。重大事故等時の環境条件における健全性については，「5.1.5 環境条件等」に基づく設計とする。風（台風）及び竜巻のうち風荷重，凍結，降水，積雪，火山の影響並びに電磁的障害に対しては，環境条件にて考慮し，機能が損なわれない設計とする。</p> <p>【54条32】</p> <p>地震に対して接続口は「1. 地盤等」に基づく地盤上の建屋等内又は建屋等壁面に複数箇所</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(1) 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>設置する。</p> <p>【54条33】 地震、津波（敷地に遡上する津波を含む。）及び火災に対しては、「2.1 地震による損傷の防止」、「2.2 津波による損傷の防止」及び「3.1 火災による損傷の防止」に基づく設計とする。</p> <p>【54条34】 溢水に対しては、想定される溢水水位に対して機能を喪失しない位置に設置する。</p> <p>【54条35】 地震、津波（敷地に遡上する津波を含む。）、溢水及び火災に対しては、接続口は、建屋等内及び建屋等壁面の適切に離隔した隣接しない位置に複数箇所設置する。</p> <p>【54条112】 風（台風）、竜巻、落雷、生物学的事象、森林火災、飛来物（航空機落下）、爆発、近隣工場等の火災、危険物を搭載した車両、有毒ガス、船舶の衝突及び故意による大型航空機の衝突その他テロリズムに対して、接続口は、建屋等内及び建屋等壁面の適切に離隔した隣接しない位置に複数箇所設置する。</p> <p>【54条36】 生物学的事象のうちネズミ等の小動物に対して屋外に設置する場合は、開口部の閉止により重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれのない設計とする。</p> <p>【54条37】 高潮に対して接続口は、高潮の影響を受けない位置に設置する。 また、一つの接続口で複数の機能を兼用して使用する場合には、それぞれの機能に必要な容量が確保できる接続口を設ける設計とする。同時に使用する可能性がある場合は、合計の容量を確保し、状況に応じて、それぞれの系統に必要な容量を同時に供給できる設計とする。</p> <p>【54条38】</p>		
(2) 単一故障 安全機能を有する系統のうち、安全機能の重要度	(2) 単一故障 安全機能を有する系統のうち、安全機能の重要	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が 使用される条件の下における健全性に	11. 健全性に係る設計 (1) 多重性又は多様性及び独立性並びに位置

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>が特に高い安全機能を有するものは、当該系統を構成する機器に短期間では動的機器の単一故障、長期間では動的機器の単一故障若しくは想定される静的機器の単一故障のいずれかが生じた場合であって、外部電源が利用できない場合においても、その系統の安全機能を達成できる設計とする。</p>	<p>度が特に高い安全機能を有するものは、当該系統を構成する機器に短期間では動的機器の単一故障、長期間では動的機器の単一故障若しくは想定される静的機器の単一故障のいずれかが生じた場合であって、外部電源が利用できない場合においても、その系統の安全機能を達成できる設計とする。</p> <p>【14条2】 短期間と長期間の境界は24時間とする。</p> <p>【14条3】 ただし、原子炉建屋ガス処理系の配管の一部、中央制御室換気系のダクトの一部及び格納容器スプレイ系のスプレイヘッド(サブプレッション・チェンバ側)については、設計基準事故が発生した場合に長期間にわたって機能が要求される静的機器であるが、単一設計とするため、個別に設計を行う。</p> <p>【14条4】</p>	<p>関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p>	<p>的分散</p>
<p>5.1.3 悪影響防止等</p> <p>(1) 飛来物による損傷防止</p> <p>設計基準対象施設に属する設備は、蒸気タービン、発電機及び内部発生エネルギーの高い流体を内蔵する弁の破損及び配管の破断、高速回転機器の破損に伴う飛散物により安全性を損なわない設計とする。</p> <p>発電用原子炉施設の安全性を損なわないよう蒸気タービン及び発電機は、破損防止対策等を行うとともに、原子力委員会原子炉安全審査会「タービンミサイル評価について」により、タービンミサイル発生時の対象物を破損する確率が10^{-7}回/炉・年以下となることを確認する。</p> <p>高温高圧の配管については材料選定、強度設計に十分な考慮を払う。さらに、安全性を高めるために、原子炉格納容器内で想定される配管破断が生じた場合、破断口からの冷却材流出によるジェット噴流による力に耐える設計とする。また、ジェット反力によるホイッピングで原子炉格納容器が損傷しないよう配置上の考慮を払うとともに、レストレイン</p>	<p>5.1.3 悪影響防止等</p> <p>(1) 飛来物による損傷防止</p> <p>設計基準対象施設に属する設備は、蒸気タービン、発電機及び内部発生エネルギーの高い流体を内蔵する弁の破損及び配管の破断、高速回転機器の破損に伴う飛散物により安全性を損なわない設計とする。</p> <p>【15条5】 発電用原子炉施設の安全性を損なわないよう蒸気タービン及び発電機は、破損防止対策等を行うとともに、原子力委員会原子炉安全審査会「タービンミサイル評価について」により、タービンミサイル発生時の対象物を破損する確率が10^{-7}回/炉・年以下となることを確認する。</p> <p>【15条6】 高温高圧の配管については材料選定、強度設計に十分な考慮を払う。さらに、安全性を高めるために、原子炉格納容器内で想定される配管破断が生じた場合、破断口からの冷却材流出によるジェット噴流による力に耐える設計とする。また、ジェット反力によるホイッピングで原子炉格納容器が損傷しないよう配置上の考慮を払うとともに、レス</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.2 悪影響防止</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(2) 悪影響防止等</p> <p>d. 内部発生飛散物の影響評価</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>ト等の配管ホイッピング防止対策を設ける設計とする。また、その他の高速回転機器が損壊し、飛散物とならないように保護装置を設けること等によりオーバースピードとならない設計とする。</p> <p>損傷防止措置を行う場合、想定される飛散物の発生箇所と防護対象機器の距離を十分にとる設計とし、又は飛散物の飛散方向を考慮し、配置上の配慮又は多重性を考慮した設計とする。</p>	<p>トレイント等の配管ホイッピング防止対策を設ける設計とする。また、その他の高速回転機器が損壊し、飛散物とならないように保護装置を設けること等によりオーバースピードとならない設計とする。</p> <p>【15条7】 損傷防止措置を行う場合、想定される飛散物の発生箇所と防護対象機器の距離を十分にとる設計とし、又は飛散物の飛散方向を考慮し、配置上の配慮又は多重性を考慮した設計とする。</p> <p>【15条8】</p>		
<p>(2) 共用 重要安全施設は、東海発電所との間で原則共用又は相互に接続しないものとするが、安全性が向上する場合は、共用することを考慮する。 なお、東海発電所と共用する重要安全施設は無いことから、共用することを考慮する必要はない。 安全施設（重要安全施設を除く。）を共用する場合には、発電用原子炉施設の安全性を損なわない設計とする。</p>	<p>(2) 共用 重要安全施設は、東海発電所との間で原則共用しないものとするが、安全性が向上する場合は、共用することを考慮する。 なお、東海発電所と共用する重要安全施設は無いことから、共用することを考慮する必要はない。 安全施設（重要安全施設を除く。）を共用する場合には、発電用原子炉施設の安全性を損なわない設計とする。</p> <p>【15条9】 常設重大事故等対処設備の各機器については、一部の敷地を共有する東海発電所内の発電用原子炉施設において共用しない設計とする。ただし、共用対象の施設ごとに要求される技術的要件（重大事故等に対処するために必要な機能）を満たしつつ、東海発電所内の発電用原子炉施設と共用することにより安全性が向上し、かつ、東海発電所内及び東海第二発電所内の発電用原子炉施設に対して悪影響を及ぼさない場合は、共用できる設計とする。</p> <p>【54条45】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.2 悪影響防止</p>	<p>11. 健全性に係る設計 (2) 悪影響防止等</p>
<p>(3) 相互接続 重要安全施設は、東海発電所との間で原則相互に接続しないものとするが、安全性が向上する場合は、相互に接続することを考慮する。 なお、東海発電所と相互に接続する重要安全施設は無いことから、相互に接続することを考慮する必要はない。</p>	<p>(3) 相互接続 重要安全施設は、東海発電所との間で原則相互に接続しないものとするが、安全性が向上する場合は、相互に接続することを考慮する。 なお、東海発電所と相互に接続する重要安全施設は無いことから、相互に接続することを考慮する必要はない。</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.2 悪影響防止</p>	<p>11. 健全性に係る設計 (2) 悪影響防止等</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>安全施設（重要安全施設を除く。）を相互に接続する場合には、発電用原子炉施設の安全性を損なわない設計とする。</p> <p>ただし、安全施設（重要安全施設を除く。）は、東海発電所と相互に接続しない設計とする。</p>	<p>安全施設（重要安全施設を除く。）を相互に接続する場合には、発電用原子炉施設の安全性を損なわない設計とする。</p> <p>ただし、安全施設（重要安全施設を除く。）は、東海発電所と相互に接続しない設計とする。</p> <p>【15条9】</p>		
	<p>(4) 悪影響防止</p> <p>重大事故等対処設備は、発電用原子炉施設（隣接する発電用原子炉施設を含む。）内の他の設備（設計基準対象施設及び当該重大事故等対処設備以外の重大事故等対処設備）に対して悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【54条39】</p> <p>他の設備への悪影響としては、重大事故等対処設備使用時及び待機時の系統的な影響（電気的な影響を含む。）並びにタービンミサイル等の内部発生飛散物による影響を考慮し、他の設備の機能に悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【54条40】</p> <p>系統的な影響に対しては、重大事故等対処設備は、弁等の操作によって設計基準対象施設として使用する系統構成から重大事故等対処設備としての系統構成とすること、重大事故等発生前（通常時）の隔離若しくは分離された状態から弁等の操作や接続により重大事故等対処設備としての系統構成とすること、他の設備から独立して単独で使用可能なこと、設計基準対象施設として使用する場合と同じ系統構成で重大事故等対処設備として使用すること等により、他の設備に悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【54条41】</p> <p>その他、重大事故等対処設備に考慮すべき設備兼用時の容量に関する影響、地震、火災、溢水、風（台風）及び竜巻による他設備への悪影響については、これら波及的影響により他設備の機能を損なわないことを「5.1.4 容量等」及び「5.1.5 環境条件等」に示す。</p> <p>【54条122】</p> <p>放水砲については、建屋への放水により、当該</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.2 悪影響防止</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(2) 悪影響防止等</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>設備の使用を想定する重大事故時において必要となる屋外の他の設備に悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【54条42】</p> <p>内部発生飛散物による影響に対しては、内部発生エネルギーの高い流体を内蔵する弁及び配管の破断、高速回転機器の破損、ガス爆発並びに重量機器の落下を考慮し、重大事故等対処設備がタービンミサイル等の発生源となることを防ぐことで、他の設備に悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【54条44】</p>		
	<p>5.1.4 容量等</p> <p>(1) 常設重大事故等対処設備</p> <p>常設重大事故等対処設備は、想定される重大事故等の収束において、想定する事象及びその事象の進展等を考慮し、重大事故等時に必要な目的を果たすために、事故対応手段としての系統設計を行う。重大事故等の収束は、これらの系統の組合せにより達成する。</p> <p>【54条46】</p> <p>「容量等」とは、ポンプ流量、タンク容量、伝熱容量、弁吹出量、発電機容量、蓄電池容量、計装設備の計測範囲、作動信号の設定値等とする。</p> <p>【54条47】</p> <p>常設重大事故等対処設備のうち設計基準対象施設の系統及び機器を使用するものについては、設計基準対象施設の容量等の仕様が、系統の目的に応じて必要となる容量等に対して十分であることを確認した上で、設計基準対象施設の容量等の仕様と同仕様の設計とする。</p> <p>【54条48】</p> <p>常設重大事故等対処設備のうち設計基準対象施設の系統及び機器を使用するもので、重大事故等時に設計基準対象施設の容量等を補う必要があるものについては、その後の事故対応手段と合わせて、系統の目的に応じて必要となる容量等を有する設計とする。</p> <p>【54条49】</p> <p>常設重大事故等対処設備のうち重大事故等への</p>	V-1-1-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書	各施設の様式-1 各施設の常設重大事故等対処設備に係る設備仕様に係る設計による。

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>対処を本来の目的として設置する系統及び機器を使用するものについては、系統の目的に応じて必要な容量等を有する設計とする。</p> <p>【54条50】</p>		
	<p>(2) 可搬型重大事故等対処設備</p> <p>可搬型重大事故等対処設備は、想定される重大事故等の収束において、想定する事象及びその事象の進展を考慮し、事故対応手段としての系統設計を行う。重大事故等の収束は、これらの系統の組合せにより達成する。</p> <p>【54条51】</p> <p>「容量等」とは、ポンプ流量、タンク容量、発電機容量、蓄電池容量、ボンベ容量、計装設備の計測範囲等とする。</p> <p>【54条52】</p> <p>可搬型重大事故等対処設備は、系統の目的に応じて必要な容量等を有する設計とするとともに、設備の機能、信頼度等を考慮し、予備を含めた保有数を確保することにより、必要な容量等に加え、十分に余裕のある容量等を有する設計とする。</p> <p>【54条53】</p> <p>可搬型重大事故等対処設備のうち複数の機能を兼用することで、設置の効率化、被ばくの低減が図れるものは、同時に要求される可能性がある複数の機能に必要な容量等を合わせた容量等とし、兼用できる設計とする。</p> <p>【54条54】</p> <p>可搬型重大事故等対処設備のうち、原子炉建屋の外から水又は電力を供給する注水設備及び電源設備は、必要となる容量等を有する設備を 1 基当たり 2 セットに加え、故障時のバックアップ及び保守点検による待機除外時のバックアップとして、発電所全体で予備を確保する。</p> <p>【54条55】</p> <p>また、可搬型重大事故等対処設備のうち、負荷に直接接続する高圧窒素ボンベ（非常用窒素供給系）、逃がし安全弁用可搬型蓄電池等は、必要となる容量等を有する設備を 1 基当たり 1 セットに加え、故障時のバックアップ及び保守点検による待</p>	V-1-1-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書	<p>各施設の様式-1</p> <p>各施設の可搬型重大事故等対処設備に係る設備仕様に係る設計による。</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>機除外時のバックアップとして、発電所全体で予備を確保する。</p> <p>【54条56】 上記以外の可搬型重大事故等対処設備は、必要となる容量等を有する設備を1基当たり1セットに加え、設備の信頼度等を考慮し、予備を確保する。</p> <p>【54条57】</p>		
<p>5.1.5 環境条件等</p> <p>安全施設の設計条件については、材料疲労、劣化等に対しても十分な余裕を持って機能維持が可能となるよう、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時に想定される圧力、温度、湿度、放射線、荷重、屋外の天候による影響（凍結及び降水）、海水を通水する系統への影響、電磁的障害、周辺機器等からの悪影響及び冷却材の性状を考慮し、十分安全側の条件を与えることにより、これらの条件下においても期待されている安全機能を発揮できる設計とする。</p>	<p>5.1.5 環境条件等</p> <p>安全施設の設計条件については、材料疲労、劣化等に対しても十分な余裕を持って機能維持が可能となるよう、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時に想定される圧力、温度、湿度、放射線、荷重、屋外の天候による影響（凍結及び降水）、海水を通水する系統への影響、電磁的障害、周辺機器等からの悪影響及び冷却材の性状を考慮し、十分安全側の条件を与えることにより、これらの条件下においても期待されている安全機能を発揮できる設計とする。</p> <p>【14条13】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.3 環境条件等</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(3) 環境条件等</p>
	<p>重大事故等対処設備は、想定される重大事故等が発生した場合における温度、放射線、荷重及びその他の使用条件において、その機能が有効に発揮できるよう、その設置場所（使用場所）又は保管場所に応じた耐環境性を有する設計とするとともに、操作が可能な設計とする。</p> <p>【54条58】 重大事故等時の環境条件については、重大事故等における温度（環境温度及び使用温度）、放射線及び荷重に加えて、その他の使用条件として環境圧力、湿度による影響、屋外の天候による影響（凍結及び降水）、重大事故等時に海水を通水する系統への影響、自然現象による影響、外部人為事象の影響、周辺機器等からの悪影響及び冷却材の性状（冷却材中の破損物等の異物を含む。）の影響を考慮する。</p> <p>【54条59】 荷重としては、重大事故等が発生した場合における機械的荷重に加えて、環境圧力、温度及び自然</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.3 環境条件等</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(3) 環境条件等</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>現象による荷重を考慮する。</p> <p>【54条59】 自然現象について、重大事故等時に重大事故等対処設備に影響を与えるおそれがある事象として、地震、津波（敷地に遡上する津波を含む。）、風（台風）、竜巻、凍結、降水、積雪及び火山の影響を選定する。これらの事象のうち、凍結及び降水については、屋外の天候による影響として考慮する。</p> <p>【54条118】 自然現象による荷重の組合せについては、地震、津波（敷地に遡上する津波を含む。）、風（台風）、積雪及び火山の影響を考慮する。</p> <p>【54条60】 これらの環境条件のうち、重大事故等時における環境温度、環境圧力、湿度による影響、屋外の天候による影響（凍結及び降水）、重大事故等時の放射線による影響及び荷重に対しては、重大事故等対処設備を設置（使用）又は保管する場所に応じて、「(1) 環境圧力、環境温度及び湿度による影響、放射線による影響、屋外の天候による影響（凍結及び降水）並びに荷重」に示すように設備分類ごとに必要な機能を有効に発揮できる設計とする。</p> <p>【54条61】</p>		
<p>(1) 環境圧力、環境温度及び湿度による影響、放射線による影響、屋外の天候による影響（凍結及び降水）並びに荷重</p> <p>安全施設は、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時における環境圧力、環境温度及び湿度による影響、放射線による影響、屋外の天候による影響（凍結及び降水）並びに荷重を考慮しても、安全機能を発揮できる設計とする。</p>	<p>(1) 環境圧力、環境温度及び湿度による影響、放射線による影響、屋外の天候による影響（凍結及び降水）並びに荷重</p> <p>安全施設は、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時における環境圧力、環境温度及び湿度による影響、放射線による影響、屋外の天候による影響（凍結及び降水）並びに荷重を考慮しても、安全機能を発揮できる設計とする。</p> <p>【14条14】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.3 環境条件等</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(3) 環境条件等</p>
	<p>原子炉格納容器内の重大事故等対処設備は、想定される重大事故等時における原子炉格納容器内の環境条件を考慮した設計とする。また、地震による荷重を考慮して、機能を損なわない設計とする。操作は中央制御室から可能な設計とする。</p> <p>【54条62】 原子炉建屋原子炉棟内の重大事故等対処設備</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.3 環境条件等</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(3) 環境条件等</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>は、想定される重大事故等時における環境条件を考慮する。</p> <p>また、地震による荷重を考慮して、機能を損なわない設計とするとともに、可搬型重大事故等対処設備は、必要により当該設備の落下防止、転倒防止及び固縛の措置をとる。操作は中央制御室、異なる区画若しくは離れた場所又は設置場所で可能な設計とする。</p> <p>【54条63】</p> <p>原子炉建屋付属棟内（中央制御室を含む。）、緊急時対策所建屋内、常設代替高圧電源装置置場（地下階）内、格納容器圧力逃がし装置格納槽内、常設低圧代替注水系格納槽内、緊急用海水ポンプピット内及び立坑内の重大事故等対処設備は、重大事故等時におけるそれぞれの場所の環境条件を考慮した設計とする。また、地震による荷重を考慮して、機能を損なわない設計とするとともに、可搬型重大事故等対処設備は、必要により当該設備の落下防止、転倒防止及び固縛の措置をとる。操作は中央制御室、異なる区画若しくは離れた場所又は設置場所で可能な設計とする。</p> <p>【54条64】</p> <p>屋内の重大事故等対処設備は、風（台風）及び竜巻による影響に対し、外部からの衝撃による損傷の防止が図られた施設内に設置又は保管することで、他の設備に悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【54条43】</p> <p>インターフェイスシステムLOCA時、使用済燃料プールにおける重大事故に至るおそれのある事故又は主蒸気管破断事故起因の重大事故等時に使用する設備については、これらの環境条件を考慮した設計とするか、これらの環境影響を受けない区画等に設置する。</p> <p>特に、使用済燃料プール監視カメラは、使用済燃料プールに係る重大事故等時に使用するため、その環境影響を考慮して、空気を供給し冷却することで耐環境性向上を図る設計とする。</p> <p>【54条113】</p> <p>屋外及び常設代替高圧電源装置置場（地上階）の</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>重大事故等対処設備は、重大事故等時における屋外の環境条件を考慮した設計とする。操作は中央制御室、離れた場所又は設置場所で可能な設計とする。</p> <p>【54条65】</p> <p>また、地震、津波（敷地に遡上する津波を含む。）、積雪及び火山の影響による荷重を考慮し、機能を損なわない設計とするとともに、可搬型重大事故等対処設備については、地震後においても機能及び性能を保持する設計とする。</p> <p>屋外の重大事故等対処設備については、風（台風）及び竜巻による風荷重の影響に対し、風荷重を考慮すること、又は位置的分散を考慮した設置若しくは保管により、機能を損なわない設計とする。</p> <p>位置的分散については、同じ機能を有する他の重大事故等対処設備（設計基準事故対処設備を兼ねている重大事故等対処設備も含む。）と100 m以上の離隔距離を確保した保管場所を定めて保管することにより、竜巻により同じ機能を有する設備が同時に機能喪失することの防止を図る設計とする。ただし、同じ機能を有する重大事故等対処設備がない設備については、竜巻によって1台が損傷したとしても必要数を満足し、機能が損なわれないうよう、予備も含めて分散させるとともに、原子炉格納容器、使用済燃料プール及びこれらの設備が必要となる事象の発生を防止する設計基準事故対処設備、重大事故等対処設備を内包する原子炉建屋等から100 m以上の離隔距離を確保した保管場所を定めて保管する設計とする。</p> <p><u>運用として、竜巻が襲来して、個々の設備が損傷した場合は、発電用原子炉の停止を含めた対応を速やかにとることとし、この運用について、保安規定に定める。</u></p> <p>屋外の重大事故等対処設備は、風（台風）及び竜巻による風荷重を考慮し浮き上がり又は横滑りによって、設計基準事故対処設備や同じ機能を有する他の重大事故等対処設備に衝突し、損傷させることのない設計とする。</p> <p>悪影響防止のための固縛については、位置的分</p>	<p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部> —</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>散とあいまって、浮き上がり又は横滑りによって設計基準事故対処設備や同じ機能を有する他の重大事故等対処設備に衝突し、損傷させることのない設計とするとともに、重大事故等発生時の初動対応時間を確保するために、固縛装置の設置箇所数を可能な限り少なくする設計とする。固縛装置の設計は、風荷重による浮き上がり又は横滑りの荷重並びに保管場所を踏まえて固縛の要否を決定し、固縛が必要な場合は、発生する風荷重に耐える設計とする。</p> <p>なお、固縛が必要とされた重大事故等対処設備のうち車両型の設備については、耐震設計に影響を与えないよう、固縛装置の連結材に適切な余長を持たせた設計とする。</p> <p>【54条66】 <u>積雪及び火山の影響については、必要により除雪及び降下火砕物の除去等の措置を講じる。この運用について、保安規定に定めて、管理する。</u></p> <p>【54条67】 屋外の重大事故等対処設備は、重大事故等時において、万が一、使用中に機能を喪失した場合であっても、可搬型重大事故等対処設備によるバックアップが可能となるよう、位置的分散を考慮して可搬型重大事故等対処設備を複数保管する設計とする。</p> <p>【54条114】 原子炉格納容器内の安全施設及び重大事故等対処設備は、設計基準事故等及び重大事故等時に想定される圧力、温度等に対して、格納容器スプレイ水による影響を考慮しても、その機能を発揮できる設計とする。</p> <p>【54条115】 安全施設及び重大事故等対処設備において、主たる流路の機能を維持できるよう、主たる流路に影響を与える範囲について、主たる流路と同一又は同等の規格で設計する。</p> <p>【54条68】</p>	<p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部> —</p>
(2) 海水を通水する系統への影響 海水を通水する系統への影響に対しては、常時海	(2) 海水を通水する系統への影響 海水を通水する系統への影響に対しては、常時	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に	11. 健全性に係る設計 (3) 環境条件等

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
水を通水する、海に設置する又は海で使用する安全施設は、耐腐食性材料を使用する。常時海水を通水するコンクリート構造物については、腐食を考慮した設計とする。	海水を通水する、海に設置する又は海で使用する安全施設及び重大事故等対処設備は耐腐食性材料を使用する。常時海水を通水するコンクリート構造物については、腐食を考慮した設計とする。 【14条15】【54条69】 また、使用時に海水を通水する重大事故等対処設備は、海水の影響を考慮した設計とする。 【54条69】	関する説明書 2.3 環境条件等	
	原則、淡水を通水するが、海水も通水する可能性のある重大事故等対処設備は、可能な限り淡水を優先し、海水通水を短期間とすることで、設備への海水の影響を考慮する。また、海から直接取水する際の異物の流入防止を考慮した設計とする。 【54条70】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.3 環境条件等	11. 健全性に係る設計 (3) 環境条件等
(3) 電磁波による影響 電磁的障害に対しては、安全施設は、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故が発生した場合においても、電磁波によりその機能が損なわれない設計とする。	(3) 電磁波による影響 電磁的障害に対しては、安全施設は、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故が発生した場合においても、電磁波によりその機能が損なわれない設計とする。 【14条16】 外部人為事象のうち重大事故等対処設備に影響を与えるおそれがある事象として選定する電磁的障害に対しては、重大事故等対処設備は、重大事故等時においても電磁波により機能を損なわない設計とする。 【54条71】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.3 環境条件等	11. 健全性に係る設計 (3) 環境条件等
(4) 周辺機器等からの悪影響 安全施設は、地震、火災、溢水及びその他の自然現象並びに外部人為事象による他設備からの悪影響により、発電用原子炉施設としての安全機能が損なわれないよう措置を講じた設計とする。	(4) 周辺機器等からの悪影響 安全施設は、地震、火災、溢水及びその他の自然現象並びに人為事象による他設備からの悪影響により、発電用原子炉施設としての安全機能が損なわれないよう措置を講じた設計とする。 【14条17】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.3 環境条件等	11. 健全性に係る設計 (3) 環境条件等
	重大事故等対処設備は、事故対応のために配置・配備している自主対策設備を含む周辺機器等からの悪影響により機能を損なわない設計とする。周辺機器等からの悪影響としては、自然現象、外部人為事象、火災及び溢水による波及的影響を考慮する。 【54条72】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.3 環境条件等	11. 健全性に係る設計 (3) 環境条件等

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>このうち、地震以外の自然現象及び外部人為事象による波及的影響に起因する周辺機器等からの悪影響により、それぞれ重大事故等に対処するための必要な機能を損なうおそれがないように、常設重大事故等対処設備は、設計基準事故対処設備と位置的分散を図り設置する。また、可搬型重大事故等対処設備は、設計基準事故対処設備の配置も含めて常設重大事故等対処設備と位置的分散を図るとともに、その機能に応じて、全てを一つの保管場所に保管することなく、複数の保管場所に分散配置する。</p> <p>重大事故等対処設備及び資機材等は、竜巻による風荷重が作用する場合においても、重大事故等に対処するための必要な機能に悪影響を及ぼさないように、浮き上がり又は横滑りにより飛散しない設計とするか、当該保管エリア以外の重大事故等対処設備に衝突し、損傷させない位置に保管する設計とする。位置的分散については「5.1.2 多様性、位置的分散等」に示す。</p> <p>【54条73】</p> <p>溢水に対しては、重大事故等対処設備は、想定される溢水により機能を損なわないように、重大事故等対処設備の設置区画の止水対策等を実施する。</p> <p>【54条74】</p> <p>可搬型重大事故等対処設備は、地震の波及的影響により、重大事故等に対処するための必要な機能を損なわないように、設計基準事故対処設備の配置も含めて常設重大事故等対処設備と位置的分散を図り、その機能に応じて、すべてを一つの保管場所に保管することなく、複数の保管場所に分散配置する。また、屋内の可搬型重大事故等対処設備は、油内包機器による地震随伴火災の影響や、水又は蒸気内包機器による地震随伴溢水の影響によりその機能を喪失しない場所に保管するとともに、屋外の可搬型重大事故等対処設備は、地震により生ずる敷地下斜面のすべり、液状化又は揺すり込みによる不等沈下、傾斜及び浮き上がり、地盤支持力の不足、地中埋設構造物の損壊等</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>の影響により必要な機能を喪失しない位置に保管する設計とする。</p> <p>【54条116】</p> <p>地震による影響に対しては、重大事故等対処設備は、地震により他の設備に悪影響を及ぼさない設計とし、また、地震により火災源又は溢水源とならない設計とする。常設重大事故等対処設備については耐震設計を行い、可搬型重大事故等対処設備については、横滑りを含めて地震による荷重を考慮して機能を損なわない設計とすることにより、他の設備に悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>地震起因以外の火災による影響に対しては、重大事故等対処設備は、火災発生防止、感知・消火による火災防護対策を行うことで、また、地震起因以外の溢水による影響に対しては、想定する重大事故等対処設備の破損等により生じる溢水に対する防護対策を行うことで、他の設備に悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【54条75】</p> <p>地震による荷重を含む耐震設計については、「2.1 地震による損傷の防止」に、津波（敷地に遡上する津波を含む。）による荷重を含む耐津波設計については、「2.2 津波による損傷の防止」に、火災防護については、「3.1 火災による損傷の防止」に基づく設計とし、それらの事象による波及的影響により重大事故等に対処するために必要な機能を損なわない設計とする。</p> <p>【54条123】</p>		
<p>(5) 設置場所における放射線</p> <p>安全施設の設置場所は、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故が発生した場合においても操作及び復旧作業に支障がないように、遮蔽の設置や線源からの離隔により放射線量が高くなるおそれの少ない場所を選定した上で、設置場所から操作可能、放射線の影響を受けない異なる区画若しくは離れた場所から遠隔で操作可能、又は中央制御室遮蔽区域内である中央制御室から操作可能な設計とする。</p>	<p>(5) 設置場所における放射線</p> <p>安全施設の設置場所は、通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故が発生した場合においても操作及び復旧作業に支障がないように、遮蔽の設置や線源からの離隔により放射線量が高くなるおそれの少ない場所を選定した上で、設置場所から操作可能、放射線の影響を受けない異なる区画若しくは離れた場所から遠隔で操作可能、又は中央制御室遮蔽区域内である中央制御室から操作可能な設計とする。</p> <p>【14条18】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.3 環境条件等</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(3) 環境条件等</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>重大事故等対処設備は、想定される重大事故等が発生した場合においても操作及び復旧作業に支障がないように、放射線量の高くなるおそれの少ない設置場所の選定、当該設備の設置場所への遮蔽の設置等により当該設備の設置場所で操作可能な設計、放射線の影響を受けない異なる区画若しくは離れた場所から遠隔で操作可能な設計、又は中央制御室遮蔽区域内である中央制御室から操作可能な設計とする。</p> <p>【54条76】</p> <p>可搬型重大事故等対処設備は、想定される重大事故等が発生した場合においても設置及び常設設備との接続に支障がないように、放射線量の高くなるおそれの少ない設置場所の選定、当該設備の設置場所への遮蔽の設置等により、当該設備の設置及び常設設備との接続が可能な設計とする。</p> <p>【54条77】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.3 環境条件等</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(3) 環境条件等</p>
<p>(6) 冷却材の性状</p> <p>冷却材を内包する安全施設は、水質管理基準を定めて水質を管理することにより異物の発生を防止する設計とする。</p> <p>安全施設は、系統外部から異物が流入する可能性のある系統に対しては、ストレーナ等を設置することにより、その機能を有効に発揮できる設計とする。</p>	<p>(6) 冷却材の性状</p> <p>冷却材を内包する安全施設は、水質管理基準を定めて水質を管理することにより異物の発生を防止する設計とする。</p> <p>安全施設及び重大事故等対処設備は、系統外部から異物が流入する可能性のある系統に対しては、ストレーナ等を設置することにより、その機能を有効に発揮できる設計とする。</p> <p>【14条19】【54条106】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.3 環境条件等</p> <p>V-1-4-3 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備のポンプの有効吸込水頭に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>V-1-8-4 圧力低減設備その他の安全設備のポンプの有効吸込み水頭に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(3) 環境条件等</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(1) 設備共通の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備のポンプの有効吸込水頭に係る設計</p> <p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>(1) 設備共通の設計</p> <p>c. 圧力低減設備のポンプの有効吸込水頭に係る設計</p>
<p>5.1.6 操作性及び試験・検査性</p>	<p>5.1.6 操作性及び試験・検査性</p> <p>(1) 操作性の確保</p> <p><u>重大事故等対処設備は、手順書の整備、訓練・教育により、想定される重大事故等が発生した場合においても、確実に操作でき、設置変更許可申請書「十 発電用原子炉の炉心の著しい損傷その他の事故が発生した場合における当該事故に対処するために必要な施設及び体制の整備に関する事項」</u></p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.4 操作性及び試験・検査性</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>11. 健全性に係る設計</p> <p>(4) 操作性及び試験・検査性</p> <p><下線部></p> <p>—</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p><u>ハで考慮した要員数と想定時間内で、アクセスルート</u> <u>の確保を含め重大事故等に対処できる設計とする。</u> <u>これらの運用に係る体制、管理等については、保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【54条78】 重大事故等対処設備は、想定される重大事故等が発生した場合においても操作を確実なものとするため、重大事故等時の環境条件を考慮し、操作が可能な設計とする。</p> <p>【54条79】 重大事故等対処設備は、操作する全ての設備に対し、十分な操作空間を確保するとともに、確実な操作ができるよう、必要に応じて操作足場を設置する。また、防護具、可搬型照明等は重大事故等時に迅速に使用できる場所に配備する。</p> <p>【54条80】 現場操作において工具を必要とする場合は、一般的に用いられる工具又は専用の工具を用いて、確実に作業ができる設計とする。工具は、作業場所の近傍又はアクセスルートの近傍に保管できる設計とする。可搬型重大事故等対処設備は運搬、設置が確実に行えるように、人力又は車両等による運搬、移動ができるとともに、必要により設置場所にてアウトリガの張り出し又は輪留めによる固定等が可能な設計とする。</p> <p>【54条81】 現場の操作スイッチは運転員等の操作性を考慮した設計とする。また、電源操作が必要な設備は、感電防止のため露出した充電部への近接防止を考慮した設計とする。</p> <p>【54条82】 現場において人力で操作を行う弁は、手動操作が可能な設計とする。</p> <p>【54条83】 現場での接続操作は、ボルト・ネジ接続、フランジ接続又はより簡便な接続方式等、接続方式を統一することにより、確実に接続が可能な設計とする。</p> <p>【54条83】</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>また、重大事故等に対処するために迅速な操作を必要とする機器は、必要な時間内に操作できるように中央制御室での操作が可能な設計とする。制御盤の操作器は運転員の操作性を考慮した設計とする。</p> <p>【54条83】</p> <p>想定される重大事故等において操作する重大事故等対処設備のうち動的機器については、その作動状態の確認が可能な設計とする。</p> <p>【54条84】</p> <p>重大事故等対処設備のうち、本来の用途以外の用途として重大事故等に対処するために使用する設備は、通常時に使用する系統から速やかに切替操作が可能なように、系統に必要な弁等を設ける設計とする。</p> <p>【54条85】</p> <p>可搬型重大事故等対処設備を常設設備と接続するものについては、容易かつ確実に接続できるように、ケーブルはボルト・ネジ接続又はより簡便な接続方式等を用い、配管は配管径や内部流体の圧力によって、大口径配管又は高圧環境においてはフランジを用い、小口径配管かつ低圧環境においてはより簡便な接続方式等を用いる設計とする。窒素ポンベ、空気ポンベ、タンクローリ等については、各々専用の接続方式を用いる。</p> <p>また、同一ポンプを接続する配管は口径を統一することにより、複数の系統での接続方式の統一も考慮する。</p> <p>【54条86】</p> <p>想定される重大事故等が発生した場合において、可搬型重大事故等対処設備が移動・運搬できるため、また、他の設備の被害状況を把握するため、発電所内の道路及び通路が確保できるよう、以下の設計とする。</p> <p>【54条87】</p> <p>屋外及び屋内において、アクセスルートは、自然現象、外部人為事象、溢水及び火災を想定しても、運搬、移動に支障をきたすことのないよう、迂回路も考慮して複数のアクセスルートを確保する設計</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>とする。</p> <p>【54条88】 なお、想定される重大事故等の収束に必要なとなる屋外アクセスルートは、基準津波の影響を受けない防潮堤内に、基準地震動S₀及び敷地に遡上する津波の影響を受けないルートを少なくとも1つ確保する設計とする。</p> <p>【54条89】 屋外及び屋内アクセスルートに影響を与えるおそれがある自然現象として、地震、津波（敷地に遡上する津波を含む。）、風（台風）、竜巻、凍結、降水、積雪、落雷、火山の影響、生物学的事象、森林火災及び高潮を選定する。</p> <p>【54条90】 屋外及び屋内アクセスルートに対する外部人為事象については、屋外アクセスルートに影響を与えるおそれがある事象として選定する飛来物（航空機落下）、爆発、近隣工場等の火災、危険物を搭載した車両、有毒ガス、船舶の衝突、電磁的障害及び故意による大型航空機の衝突その他のテロリズムに対して、迂回路も考慮した複数のアクセスルートを確保する設計とする。 電磁的障害に対しては、道路面が直接影響を受けることはないことからアクセスルートへの影響はない。</p> <p>【54条91】 屋外アクセスルートに対する地震による影響（周辺構造物等の損壊、周辺斜面の崩壊及び道路面のすべり）、その他自然現象（風（台風）及び竜巻による飛来物、積雪並びに火山の影響）による影響を想定し、複数のアクセスルートの中から状況を確認し、早期に復旧可能なアクセスルートを確保するため、障害物を除去可能なホイールローダを2台（予備3台）保管、使用する。 なお、東海発電所の排気筒の短尺化及びサービス建屋減築等によりアクセスルートへの影響を防止する設計とする。</p> <p>【54条92】 また、地震による屋外タンクからの溢水及び降</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>水に対しては、道路上への自然流下も考慮した上で、通行への影響を受けない箇所にアクセスルートを確認する設計とする。</p> <p>【54条93】 津波の影響については、敷地に遡上する津波による遡上高さに対して十分余裕を見た高さに高所のアクセスルートを確認する設計とする。</p> <p>【54条94】 また、高潮に対しては、通行への影響を受けない敷地高さにアクセスルートを確認する設計とする。</p> <p>【54条95】 屋外アクセスルートは、自然現象のうち凍結、森林火災、外部人為事象のうち飛来物(航空機落下)、爆発、近隣工場等の火災、危険物を搭載した車両、有毒ガス及び船舶の衝突に対しては、迂回路も考慮した複数のアクセスルートを確認する設計とする。</p> <p>【54条96】 落雷に対しては、道路面が直接影響を受けることはないため、さらに生物学的事象に対しては、容易に排除可能なため、アクセスルートへの影響はない。</p> <p>【54条97】 屋外アクセスルートは、地震の影響による周辺斜面の崩壊及び道路面のすべりで崩壊土砂が広範囲に到達することを想定した上で、ホイールローダによる崩壊箇所の復旧又は迂回路の通行を行うことで、通行性を確保できる設計とする。 また、不等沈下等に伴う段差の発生が想定される箇所においては、段差緩和対策等を行う設計とする。</p> <p>【54条98】 屋外アクセスルートは、自然現象のうち凍結及び積雪に対して、道路については融雪剤を配備し、車両についてはタイヤチェーン等を装着することにより通行性を確保できる設計とする。</p> <p>【54条120】 屋内アクセスルートは、自然現象として選定す</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>る津波（敷地に遡上する津波を含む。）、風（台風）、竜巻、凍結、降水、積雪、落雷、火山の影響、生物学的事象、森林火災及び高潮による影響に対して、外部からの衝撃による損傷の防止が図られた建屋内に確保する設計とする。</p> <p>【54条99】 屋内アクセスルートは、外部人為事象として選定する飛来物（航空機落下）、爆発、近隣工場等の火災、危険物を搭載した車両、有毒ガス及び船舶の衝突に対して、外部からの衝撃による損傷の防止が図られた建屋内に確保する設計とする。</p> <p>【54条100】 屋内アクセスルートの設定に当たっては、油内包機器による地震随伴火災の影響や、水又は蒸気内包機器による地震随伴溢水の影響を考慮するとともに、迂回路を含む複数のルート選定が可能な配置設計とする。</p> <p>【54条121】</p>		
<p>(2) 試験・検査性 設計基準対象施設は、その健全性及び能力を確認するために、発電用原子炉の運転中又は停止中に必要な箇所の保守点検（試験及び検査を含む。）が可能な構造とし、そのために必要な配置、空間等を備えた設計とする。</p> <p>試験及び検査は、使用前検査、施設定期検査、定期安全管理検査及び溶接安全管理検査の法定検査に加え、保全プログラムに基づく点検が実施できる設計とする。</p>	<p>(2) 試験・検査性 設計基準対象施設は、健全性及び能力を確認するため、発電用原子炉の運転中又は停止中に必要な箇所の保守点検（試験及び検査を含む。）が可能な構造とし、そのために必要な配置、空間等を備えた設計とする。</p> <p>【15条2】 重大事故等対処設備は、健全性及び能力を確認するため、発電用原子炉の運転中又は停止中に必要な箇所の保守点検、試験又は検査を実施できるよう、機能・性能の確認、漏えいの有無の確認、分解点検等ができる構造とし、そのために必要な配置、空間等を備えた設計とする。また、接近性を考慮して必要な空間等を備え、構造上接近又は検査が困難である箇所を極力少なくする。</p> <p>【54条101】 試験及び検査は、使用前検査、施設定期検査、定期安全管理検査及び溶接安全管理検査の法定検査に加え、保全プログラムに基づく点検が実施できる設計とする。</p> <p>【15条3】 【54条102】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.4 操作性及び試験・検査性</p>	<p>11. 健全性に係る設計 (4) 操作性及び試験・検査性</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>重大事故等対処設備は、原則系統試験及び漏えいの有無の確認が可能な設計とする。系統試験については、テストラインなどの設備を設置又は必要に応じて準備することで試験可能な設計とする。また、悪影響防止の観点から他と区分する必要があるもの又は単体で機能・性能を確認するものは、他の系統と独立して機能・性能確認が可能な設計とする。</p> <p>【54条117】</p> <p>発電用原子炉の運転中に待機状態にある重大事故等対処設備は、発電用原子炉の運転に大きな影響を及ぼす場合を除き、運転中に定期的な試験又は検査が実施可能な設計とする。また、多様性又は多重性を備えた系統及び機器にあつては、各々が独立して試験又は検査ができる設計とする。</p> <p>【54条103】</p> <p>代替電源設備は、電気系統の重要な部分として、適切な定期試験及び検査が可能な設計とする。</p> <p>【54条104】</p> <p>構造・強度の確認又は内部構成部品の確認が必要な設備は、原則として分解・開放（非破壊検査を含む。）が可能な設計とし、機能・性能確認、各部の経年劣化対策及び日常点検を考慮することにより、分解・開放が不要なものについては外観の確認が可能な設計とする。</p> <p>【54条105】</p>		
<p>5.2 材料及び構造等</p> <p>設計基準対象施設（圧縮機、所内ボイラ、蒸気タービン（発電用のものに限る。）、発電機、変圧器及び遮断器を除く。）に属する容器、管、ポンプ若しくは弁若しくはこれらの支持構造物又は炉心支持構造物の材料及び構造は、施設時において、各機器等のクラス区分に応じて以下のとおりとし、その際、日本機械学会「発電用原子力設備規格 設計・建設規格」（J S M E 設計・建設規格）等に従い設計する。</p>	<p>5.2 材料及び構造等</p> <p>設計基準対象施設（圧縮機、所内ボイラ、蒸気タービン（発電用のものに限る。）、発電機、変圧器及び遮断器を除く。）並びに重大事故等対処設備に属する容器、管、ポンプ若しくは弁若しくはこれらの支持構造物又は炉心支持構造物の材料及び構造は、施設時において、各機器等のクラス区分に応じて以下のとおりとし、その際、日本機械学会「発電用原子力設備規格 設計・建設規格」（J S M E 設計・建設規格）等に従い設計する。</p> <p>【17条1】【55条1】</p> <p>ただし、重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2支持構造物の材料及び構造であつて、以下によらない場合は、当該機器及び支持構造物が、その設計上</p>	<p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-1-2 クラス1機器の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-3 クラス2機器の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-4 クラス3機器の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-5 クラス4機器の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-6 重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2機器支持構造物の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-7 重大事故等クラス3機器の強度評価の基本方針</p> <p>V-3-2-2 クラス1管の強度計算方法</p>	<p>12. 材料及び構造に係る設計</p> <p>12.1 クラス機器及び支持構造物の強度評価</p> <p>(1) クラス1機器の強度評価</p> <p>(2) クラス2機器の強度評価</p> <p>(3) クラス3機器の強度評価</p> <p>(4) クラス4機器の強度評価</p> <p>(5) 原子炉格納容器の強度評価</p> <p>(6) 重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2支持構造物の強度評価</p> <p>(7) 重大事故等クラス3機器の強度評価</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>なお、各機器等のクラス区分の適用については、別紙「主要設備リスト」による。</p> <p>5.2.1 材料について</p> <p>(1) 機械的強度及び化学的成分</p> <p>a. クラス1機器、クラス1支持構造物及び炉心支持構造物は、その使用される圧力、温度、水質、放射線、荷重その他の使用条件に対して適切な機械的強度及び化学的成分(使用中の応力その他の使用条件に対する適切な耐食性を含む。)を有する材料を使用する。</p> <p>b. クラス2機器、クラス2支持構造物、クラス3機器及びクラス4管は、その使用される圧力、温度、荷重その他の使用条件に対して適切な機械的強度及び化学的成分を有する材料を使用する。</p> <p>c. 原子炉格納容器又は原子炉格納容器支持構造物は、その使用される圧力、温度、湿度、荷重その他の使用条件に対して適切な機械的強度及び化学的成分を有する材料を使用する。</p>	<p>要求される強度を確保できるようJ S M E 設計・建設規格を参考に同等以上の性能を有することを確認する。</p> <p>【55条2】</p> <p>また、重大事故等クラス3機器であって、完成品は、以下によらず、消防法に基づく技術上の規格等一般産業品の規格及び基準に適合していることを確認し、使用環境及び使用条件に対して、要求される強度を確保できる設計とする。</p> <p>【55条3】</p> <p>重大事故等クラス2容器及び重大事故等クラス2管のうち主要な耐圧部の溶接部の耐圧試験は、母材と同等の方法、同じ試験圧力にて実施する。</p> <p>【55条4】</p> <p>なお、各機器等のクラス区分の適用については、別紙「主要設備リスト」による。</p> <p>【17条2】【55条5】</p> <p>5.2.1 材料について</p> <p>(1) 機械的強度及び化学的成分</p> <p>a. クラス1機器、クラス1支持構造物及び炉心支持構造物は、その使用される圧力、温度、水質、放射線、荷重その他の使用条件に対して適切な機械的強度及び化学的成分(使用中の応力その他の使用条件に対する適切な耐食性を含む。)を有する材料を使用する。</p> <p>【17条3】</p> <p>b. クラス2機器、クラス2支持構造物、クラス3機器、クラス4管、重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2支持構造物は、その使用される圧力、温度、荷重その他の使用条件に対して適切な機械的強度及び化学的成分を有する材料を使用する。</p> <p>【17条4】【55条6】</p> <p>c. 原子炉格納容器又は原子炉格納容器支持構造物は、その使用される圧力、温度、湿度、荷重その他の使用条件に対して適切な機械的強度及び化学的成分を有する材料を使用する。</p> <p>【17条5】</p>	<p>V-3-2-3 クラス1弁の強度計算方法</p> <p>V-3-2-4 クラス2管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-5 クラス2弁の強度計算方法</p> <p>V-3-2-6 クラス3容器の強度計算方法</p> <p>V-3-2-7 クラス3管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-8 クラス4管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-9 重大事故等クラス2容器の強度計算方法</p> <p>V-3-2-10 重大事故等クラス2ポンプの強度計算方法</p> <p>V-3-2-11 重大事故等クラス2管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-12 重大事故等クラス2弁の強度計算方法</p> <p>V-3-2-13 重大事故等クラス2支持構造物(容器)の強度計算方法</p> <p>V-3-2-14 重大事故等クラス2支持構造物(ポンプ)の強度計算方法</p> <p>V-3-2-15 重大事故等クラス3機器の強度評価方法</p> <p>V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書</p> <p>V-3-3-2 原子炉圧力容器附属構造物の強度計算書</p> <p>V-3-3-3 原子炉圧力容器内部構造物の強度計算書</p> <p>V-3-4-1 燃料取扱設備及び使用済燃料貯蔵設備の強度計算書</p> <p>V-3-4-2 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-1 原子炉冷却材再循環設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-2 原子炉冷却材の循環設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-3 残留熱除去設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-4 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-5 原子炉冷却材補給設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-6 原子炉補機冷却設備の強度計算書</p>	

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>d. 高圧炉心スプレイ系ストレーナ, 低圧炉心スプレイ系ストレーナ及び残留熱除去系ストレーナは, その使用される圧力, 温度, 荷重その他の使用条件に対して適切な機械的強度及び化学的成分を有する材料を使用する。</p>	<p>d. 高圧炉心スプレイ系ストレーナ, 低圧炉心スプレイ系ストレーナ及び残留熱除去系ストレーナは, その使用される圧力, 温度, 荷重その他の使用条件に対して適切な機械的強度及び化学的成分を有する材料を使用する。</p> <p>【17条6】</p> <p>e. 重大事故等クラス3機器は, その使用される圧力, 温度, 荷重その他の使用条件に対して日本工業規格等に適合した適切な機械的強度及び化学的成分を有する材料を使用する。</p> <p>【55条7】</p>	<p>V-3-6-1 制御棒駆動水圧設備の強度計算書</p> <p>V-3-6-2 ほう酸水注入設備の強度計算書</p> <p>V-3-6-3 制御用空気設備の強度計算書</p> <p>V-3-7-1 気体, 液体又は固体廃棄物処理設備の強度計算書</p> <p>V-3-8-1 換気設備の強度計算書</p> <p>V-3-9-2 圧力低減設備その他の安全設備の強度計算書</p> <p>V-3-10-1 非常用電源設備の強度に関する説明書</p> <p>V-3-10-2 補機駆動用燃料設備の強度に関する説明書</p>	
<p>(2) 破壊じん性</p> <p>a. クラス1容器は, 当該容器が使用される圧力, 温度, 放射線, 荷重その他の使用条件に対して適切な破壊じん性を有する材料を使用する。また, 破壊じん性は, 寸法, 材質又は破壊じん性試験により確認する。</p> <p>原子炉圧力容器については, 原子炉圧力容器の脆性破壊を防止するため, 中性子照射脆化の影響を考慮した最低試験温度を確認し, 適切な破壊じん性を維持できるよう, 原子炉冷却材温度及び圧力の制限範囲を設定することを保安規定に定めて管理する。</p>	<p>(2) 破壊じん性</p> <p>a. クラス1容器は, 当該容器が使用される圧力, 温度, 放射線, 荷重その他の使用条件に対して適切な破壊じん性を有する材料を使用する。また, 破壊じん性は, 寸法, 材質又は破壊じん性試験により確認する。</p> <p>【17条7】</p> <p><u>原子炉圧力容器については, 原子炉圧力容器の脆性破壊を防止するため, 中性子照射脆化の影響を考慮した最低試験温度を確認し, 適切な破壊じん性を維持できるよう, 原子炉冷却材温度及び圧力の制限範囲を設定することを保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【14条21】</p>	<p>V-1-2-2 原子炉圧力容器の脆性破壊防止に関する説明書</p> <p><下線部> 運用に関する記載であり, 保安規定にて対応</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(d) 原子炉圧力容器の脆性破壊防止に係る設計</p> <p><下線部> -</p>
<p>b. クラス1機器(クラス1容器を除く。), クラス1支持構造物(クラス1管及びクラス1弁を支持するものを除く。), クラス2機器, クラス3機器(工学的安全施設に属するものに限る。), 原子炉格納容器, 原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物は, その最低使用温度に対して適切な破壊じん性を有する材料を使用する。また, 破壊じん性は, 寸法, 材質又は破壊じん性試験により確認する。</p>	<p>b. クラス1機器(クラス1容器を除く。), クラス1支持構造物(クラス1管及びクラス1弁を支持するものを除く。), クラス2機器, クラス3機器(工学的安全施設に属するものに限る。), 原子炉格納容器, 原子炉格納容器支持構造物, 炉心支持構造物及び重大事故等クラス2機器は, その最低使用温度に対して適切な破壊じん性を有する材料を使用する。また, 破壊じん性は, 寸法, 材質又は破壊じん性試験により確認する。</p> <p>【17条9】【55条8】</p> <p>重大事故等クラス2機器のうち, 原子炉圧力容器については, 重大事故等時における温</p>	<p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-1-2 クラス1機器の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-3 クラス2機器の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-4 クラス3機器の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-5 クラス4機器の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-6 重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2機器支持構造物の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-2-2 クラス1管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-3 クラス1弁の強度計算方法</p> <p>V-3-2-4 クラス2管の強度計算方法</p>	<p>12. 材料及び構造に係る設計</p> <p>12.1 クラス機器及び支持構造物の強度評価</p> <p>(1) クラス1機器の強度評価</p> <p>(2) クラス2機器の強度評価</p> <p>(3) クラス3機器の強度評価</p> <p>(4) クラス4機器の強度評価</p> <p>(5) 原子炉格納容器の強度評価</p> <p>(6) 重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2支持構造物の強度評価</p> <p>(7) 重大事故等クラス3機器の強度評価</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>c. 高圧炉心スプレイ系ストレーナ, 低圧炉心スプレイ系ストレーナ及び残留熱除去系ストレーナは, その最低使用温度に対して適切な破壊じん性を有する材料を使用する。また, 破壊じん性は, 寸法, 材質又は破壊じん性試験により確認する。</p> <p>(3) 非破壊試験 クラス1 機器, クラス1 支持構造物 (棒及びボルトに限る。), クラス2 機器 (鋳造品に限る。) 及び炉心支持構造物に使用する材料は, 非破壊試験により有害な欠陥がないことを確認する。</p>	<p>度, 放射線, 荷重その他の使用条件に対して損傷するおそれがない設計とする。</p> <p>【55条9】</p> <p>c. 高圧炉心スプレイ系ストレーナ, 低圧炉心スプレイ系ストレーナ及び残留熱除去系ストレーナは, その最低使用温度に対して適切な破壊じん性を有する材料を使用する。また, 破壊じん性は, 寸法, 材質又は破壊じん性試験により確認する。</p> <p>【17条10】</p> <p>(3) 非破壊試験 クラス1 機器, クラス1 支持構造物 (棒及びボルトに限る。), クラス2 機器 (鋳造品に限る。), 炉心支持構造物及び重大事故等クラス2 機器 (鋳造品に限る。) に使用する材料は, 非破壊試験により有害な欠陥がないことを確認する。</p> <p>【17条11】 【55条10】</p>	<p>V-3-2-5 クラス2 弁の強度計算方法</p> <p>V-3-2-6 クラス3 容器の強度計算方法</p> <p>V-3-2-7 クラス3 管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-8 クラス4 管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-9 重大事故等クラス2 容器の強度計算方法</p> <p>V-3-2-10 重大事故等クラス2 ポンプの強度計算方法</p> <p>V-3-2-11 重大事故等クラス2 管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-12 重大事故等クラス2 弁の強度計算方法</p> <p>V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書</p> <p>V-3-3-2 原子炉圧力容器付属構造物の強度計算書</p> <p>V-3-3-3 原子炉圧力容器内部構造物の強度計算書</p> <p>V-3-4-1 燃料取扱設備及び使用済燃料貯蔵設備の強度計算書</p> <p>V-3-4-2 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-1 原子炉冷却材再循環設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-2 原子炉冷却材の循環設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-3 残留熱除去設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-4 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-5 原子炉冷却材補給設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-6 原子炉補機冷却設備の強度計算書</p> <p>V-3-6-1 制御棒駆動水圧設備の強度計算書</p> <p>V-3-6-2 ほう酸水注入設備の強度計算書</p> <p>V-3-6-3 制御用空気設備の強度計算書</p> <p>V-3-7-1 気体, 液体又は固体廃棄物処理設備の強度計算書</p> <p>V-3-8-1 換気設備の強度計算書</p> <p>V-3-9-2 圧力低減設備その他の安全設備の強度計算書</p>	

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		V-3-10-1 非常用電源設備の強度に関する説明書 V-3-10-2 補機駆動用燃料設備の強度に関する説明書	
<p>5.2.2 構造及び強度について</p> <p>(1) 延性破断の防止</p> <p>a. クラス1機器, クラス2機器, クラス3機器, 原子炉格納容器及び炉心支持構造物は, 最高使用圧力, 最高使用温度及び機械的荷重が負荷されている状態(以下「設計上定める条件」という。)において, 全体的な変形を弾性域に抑える設計とする。</p> <p>b. クラス1支持構造物及び原子炉格納容器支持構造物は, 運転状態Ⅰ及び運転状態Ⅱにおいて, 全体的な変形を弾性域に抑える設計とする。</p> <p>c. クラス1支持構造物であって, クラス1容器に溶接により取り付けられ, その損壊により, クラス1容器の損壊を生じさせるおそれがあるものは, b. にかかわらず, 設計上定める条件において, 全体的な変形を弾性域に抑える設計とする。</p> <p>d. クラス1容器(オメガシールその他のシールを除く。), クラス1管, クラス1弁, クラス1支持構造物, 原子炉格納容器(著しい応力が生ずる部分及び特殊な形状の部分に限る。), 原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物にあっては, 運転状態Ⅲにおいて, 全体的な塑性変形が生じない設計とする。また, 応力が集中する構造上の不連続部については, 補強等により局所的な塑性変形に止まるよう設計する。</p> <p>e. クラス1容器(オメガシールその他のシールを除く。), クラス1管, クラス1支持構造物, 原</p>	<p>5.2.2 構造及び強度について</p> <p>(1) 延性破断の防止</p> <p>a. クラス1機器, クラス2機器, クラス3機器, 原子炉格納容器, 炉心支持構造物, 重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス3機器は, 最高使用圧力, 最高使用温度及び機械的荷重が負荷されている状態(以下「設計上定める条件」という。)において, 全体的な変形を弾性域に抑える設計とする。</p> <p>【17条12】【55条11】</p> <p>b. クラス1支持構造物及び原子炉格納容器支持構造物は, 運転状態Ⅰ及び運転状態Ⅱにおいて, 全体的な変形を弾性域に抑える設計とする。</p> <p>【17条13】</p> <p>c. クラス1支持構造物であって, クラス1容器に溶接により取り付けられ, その損壊により, クラス1容器の損壊を生じさせるおそれがあるものは, b. にかかわらず, 設計上定める条件において, 全体的な変形を弾性域に抑える設計とする。</p> <p>【17条14】</p> <p>d. クラス1容器(オメガシールその他のシールを除く。), クラス1管, クラス1弁, クラス1支持構造物, 原子炉格納容器(著しい応力が生ずる部分及び特殊な形状の部分に限る。), 原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物にあっては, 運転状態Ⅲにおいて, 全体的な塑性変形が生じない設計とする。また, 応力が集中する構造上の不連続部については, 補強等により局所的な塑性変形に止まるよう設計する。</p> <p>【17条15】</p> <p>e. クラス1容器(オメガシールその他のシールを除く。), クラス1管, クラス1支持構造物, 原</p>	<p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-1-2 クラス1機器の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-3 クラス2機器の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-4 クラス3機器の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-5 クラス4機器の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-6 重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2機器支持構造物の強度計算の基本方針</p> <p>V-3-1-7 重大事故等クラス3機器の強度評価の基本方針</p> <p>V-3-2-2 クラス1管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-3 クラス1弁の強度計算方法</p> <p>V-3-2-4 クラス2管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-5 クラス2弁の強度計算方法</p> <p>V-3-2-6 クラス3容器の強度計算方法</p> <p>V-3-2-7 クラス3管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-8 クラス4管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-9 重大事故等クラス2容器の強度計算方法</p> <p>V-3-2-10 重大事故等クラス2ポンプの強度計算方法</p> <p>V-3-2-11 重大事故等クラス2管の強度計算方法</p> <p>V-3-2-12 重大事故等クラス2弁の強度計算方法</p> <p>V-3-2-13 重大事故等クラス2支持構造物(容器)の強度計算方法</p> <p>V-3-2-14 重大事故等クラス2支持構造物(ポンプ)の強度計算方法</p> <p>V-3-2-15 重大事故等クラス3機器の強度評価方法</p> <p>V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書</p>	<p>12. 材料及び構造に係る設計</p> <p>12.1 クラス機器及び支持構造物の強度評価</p> <p>(1) クラス1機器の強度評価</p> <p>(2) クラス2機器の強度評価</p> <p>(3) クラス3機器の強度評価</p> <p>(4) クラス4機器の強度評価</p> <p>(5) 原子炉格納容器の強度評価</p> <p>(6) 重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2支持構造物の強度評価</p> <p>(7) 重大事故等クラス3機器の強度評価</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>子炉格納容器(著しい応力が生ずる部分及び特殊な形状の部分に限る。), 原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物は, 運転状態Ⅳにおいて, 延性破断に至る塑性変形が生じない設計とする。</p> <p>f. クラス4管は, 設計上定める条件において, 延性破断に至る塑性変形を生じない設計とする。</p> <p>g. クラス1容器(ボルトその他の固定用金具, オメガシールその他のシールを除く。), クラス1支持構造物(クラス1容器に溶接により取り付けられ, その損壊により, クラス1容器の損壊を生じさせるおそれがあるものに限る。)及び原子炉格納容器(著しい応力が生ずる部分及び特殊な形状の部分に限る。)は, 試験状態において, 全体的な塑性変形が生じない設計とする。また, 応力が集中する構造上の不連続部については, 補強等により局所的な塑性変形に止まるよう設計する。</p> <p>h. 高圧炉心スプレイスプレーナ, 低圧炉心スプレイスプレーナ及び残留熱除去系スプレーナは, 運転状態Ⅰ, 運転状態Ⅱ及び運転状態Ⅳ(異物付着による差圧を考慮)において, 全体的な変形を弾性域に抑える設計とする。</p> <p>i. クラス2支持構造物であって, クラス2機器に溶接により取り付けられ, その損壊によりクラス2機器に損壊を生じさせるおそれがあるものには, 運転状態Ⅰ及び運転状態Ⅱにおいて, 延性破断が生じない設計とする。</p>	<p>原子炉格納容器(著しい応力が生ずる部分及び特殊な形状の部分に限る。), 原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物は, 運転状態Ⅳにおいて, 延性破断に至る塑性変形が生じない設計とする。</p> <p>【17条16】</p> <p>f. クラス4管は, 設計上定める条件において, 延性破断に至る塑性変形を生じない設計とする。</p> <p>【17条17】</p> <p>g. クラス1容器(ボルトその他の固定用金具, オメガシールその他のシールを除く。), クラス1支持構造物(クラス1容器に溶接により取り付けられ, その損壊により, クラス1容器の損壊を生じさせるおそれがあるものに限る。)及び原子炉格納容器(著しい応力が生ずる部分及び特殊な形状の部分に限る。)は, 試験状態において, 全体的な塑性変形が生じない設計とする。また, 応力が集中する構造上の不連続部については, 補強等により局所的な塑性変形に止まるよう設計する。</p> <p>【17条18】</p> <p>h. 高圧炉心スプレイスプレーナ, 低圧炉心スプレイスプレーナ及び残留熱除去系スプレーナは, 運転状態Ⅰ, 運転状態Ⅱ及び運転状態Ⅳ(異物付着による差圧を考慮)において, 全体的な変形を弾性域に抑える設計とする。</p> <p>【17条19】</p> <p>i. クラス2支持構造物であって, クラス2機器に溶接により取り付けられ, その損壊によりクラス2機器に損壊を生じさせるおそれがあるものには, 運転状態Ⅰ及び運転状態Ⅱにおいて, 延性破断が生じない設計とする。</p> <p>【17条20】</p> <p>j. 重大事故等クラス2支持構造物であって, 重大事故等クラス2機器に溶接により取り付けられ, その損壊により重大事故等クラス2機器に損壊を生じさせるおそれがあるものは, 設計上定める条件において, 延性破断が生じ</p>	<p>V-3-3-2 原子炉压力容器付属構造物の強度計算書</p> <p>V-3-3-3 原子炉压力容器内部構造物の強度計算書</p> <p>V-3-4-1 燃料取扱設備及び使用済燃料貯蔵設備の強度計算書</p> <p>V-3-4-2 使用済燃料貯蔵槽冷却浄化設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-1 原子炉冷却材再循環設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-2 原子炉冷却材の循環設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-3 残留熱除去設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-4 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-5 原子炉冷却材補給設備の強度計算書</p> <p>V-3-5-6 原子炉補機冷却設備の強度計算書</p> <p>V-3-6-1 制御棒駆動水圧設備の強度計算書</p> <p>V-3-6-2 ほう酸水注入設備の強度計算書</p> <p>V-3-6-3 制御用空気設備の強度計算書</p> <p>V-3-7-1 気体, 液体又は固体廃棄物処理設備の強度計算書</p> <p>V-3-8-1 換気設備の強度計算書</p> <p>V-3-9-2 圧力低減設備その他の安全設備の強度計算書</p> <p>V-3-10-1 非常用電源設備の強度に関する説明書</p> <p>V-3-10-2 補機駆動用燃料設備の強度に関する説明書</p>	

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
<p>(2) 進行性変形による破壊の防止</p> <p>クラス 1 容器 (ボルトその他の固定用金具を除く。), クラス 1 管, クラス 1 弁 (弁箱に限る。), クラス 1 支持構造物, 原子炉格納容器 (著しい応力が生ずる部分及び特殊な形状の部分に限る。), 原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物は, 運転状態 I 及び運転状態 II において, 進行性変形が生じない設計とする。</p> <p>(3) 疲労破壊の防止</p> <p>a. クラス 1 容器, クラス 1 管, クラス 1 弁 (弁箱に限る。), クラス 1 支持構造物, クラス 2 管 (伸縮継手を除く。), 原子炉格納容器 (著しい応力が生ずる部分及び特殊な形状の部分に限る。), 原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物は, 運転状態 I 及び運転状態 II において, 疲労破壊が生じない設計とする。</p> <p>b. クラス 2 機器, クラス 3 機器及び原子炉格納容器の伸縮継手は, 設計上定める条件で応力が繰り返し加わる場合において, 疲労破壊が生じない設計とする。</p> <p>(4) 座屈による破壊の防止</p> <p>a. クラス 1 容器 (胴, 鏡板及び外側から圧力を受ける円筒形又は管状のものに限る。), クラス 1 支持構造物, 原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物は, 運転状態 I, 運転状態 II, 運転状態 III 及び運転状態 IV において, 座屈が生じない設計とする。</p> <p>b. クラス 1 容器 (胴, 鏡板及び外側から圧力を受ける円筒形又は管状のものに限る。) 及びクラス 1 支持構造物 (クラス 1 容器に溶接により取り付けられ, その損壊により, クラス 1 容器の損壊を生じさせるおそれがあるものに限る。)</p>	<p>ない設計とする。</p> <p>【55条12】</p> <p>(2) 進行性変形による破壊の防止</p> <p>クラス 1 容器 (ボルトその他の固定用金具を除く。), クラス 1 管, クラス 1 弁 (弁箱に限る。), クラス 1 支持構造物, 原子炉格納容器 (著しい応力が生ずる部分及び特殊な形状の部分に限る。), 原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物は, 運転状態 I 及び運転状態 II において, 進行性変形が生じない設計とする。</p> <p>【17条21】</p> <p>(3) 疲労破壊の防止</p> <p>a. クラス 1 容器, クラス 1 管, クラス 1 弁 (弁箱に限る。), クラス 1 支持構造物, クラス 2 管 (伸縮継手を除く。), 原子炉格納容器 (著しい応力が生ずる部分及び特殊な形状の部分に限る。), 原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物は, 運転状態 I 及び運転状態 II において, 疲労破壊が生じない設計とする。</p> <p>【17条 22】</p> <p>b. クラス 2 機器, クラス 3 機器, 原子炉格納容器, 重大事故等クラス 2 機器の伸縮継手及び重大事故等クラス 2 管 (伸縮継手を除く。) は, 設計上定める条件で応力が繰り返し加わる場合において, 疲労破壊が生じない設計とする。</p> <p>【17条23】 【55条13】</p> <p>(4) 座屈による破壊の防止</p> <p>a. クラス 1 容器 (胴, 鏡板及び外側から圧力を受ける円筒形又は管状のものに限る。), クラス 1 支持構造物, 原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物は, 運転状態 I, 運転状態 II, 運転状態 III 及び運転状態 IV において, 座屈が生じない設計とする。</p> <p>【17条 24】</p> <p>b. クラス 1 容器 (胴, 鏡板及び外側から圧力を受ける円筒形又は管状のものに限る。) 及びクラス 1 支持構造物 (クラス 1 容器に溶接により取り付けられ, その損壊により, クラス 1 容器の損壊を生じさせるおそれがあるものに限る。)</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>は、試験状態において、座屈が生じない設計とする。</p> <p>c. クラス1管、クラス2容器、クラス2管及びクラス3機器は、設計上定める条件において、座屈が生じない設計とする。</p> <p>d. 原子炉格納容器は、設計上定める条件並びに運転状態Ⅲ及び運転状態Ⅳにおいて、座屈が生じない設計とする。</p> <p>e. クラス2支持構造物であって、クラス2機器に溶接により取り付けられ、その損壊によりクラス2機器に損壊を生じさせるおそれがあるものには、運転状態Ⅰ及び運転状態Ⅱにおいて、座屈が生じないよう設計する。</p>	<p>る。)は、試験状態において、座屈が生じない設計とする。</p> <p>【17条25】</p> <p>c. クラス1管、クラス2容器、クラス2管、クラス3機器、重大事故等クラス2容器、重大事故等クラス2管及び重大事故等クラス2支持構造物（重大事故等クラス2機器に溶接により取り付けられ、その損壊により重大事故等クラス2機器に損壊を生じさせるおそれがあるものに限る。）は、設計上定める条件において、座屈が生じない設計とする。</p> <p>【17条26】【55条14】</p> <p>d. 原子炉格納容器は、設計上定める条件並びに運転状態Ⅲ及び運転状態Ⅳにおいて、座屈が生じない設計とする。</p> <p>【17条27】</p> <p>e. クラス2支持構造物であって、クラス2機器に溶接により取り付けられ、その損壊によりクラス2機器に損壊を生じさせるおそれがあるものには、運転状態Ⅰ及び運転状態Ⅱにおいて、座屈が生じないよう設計する。</p> <p>【17条28】</p>		
<p>5.2.3 主要な耐圧部の溶接部（溶接金属部及び熱影響部をいう。）について</p> <p>クラス1容器、クラス1管、クラス2容器、クラス2管、クラス3容器、クラス3管、クラス4管及び原子炉格納容器のうち主要な耐圧部の溶接部は、次のとおりとし、溶接事業者検査により適用基準及び適用規格に適合していることを確認する。</p> <ul style="list-style-type: none"> ・不連続で特異な形状でない設計とする。 ・溶接による割れが生ずるおそれがなく、かつ、健全な溶接部の確保に有害な溶込み不良その他の欠陥がないことを非破壊試験により確認する。 	<p>5.2.3 主要な耐圧部の溶接部（溶接金属部及び熱影響部をいう。）について</p> <p>クラス1容器、クラス1管、クラス2容器、クラス2管、クラス3容器、クラス3管、クラス4管、原子炉格納容器、重大事故等クラス2容器及び重大事故等クラス2管のうち主要な耐圧部の溶接部は、次のとおりとし、溶接事業者検査により適用基準及び適用規格に適合していることを確認する。</p> <p>【17条29】【55条15】</p> <ul style="list-style-type: none"> ・不連続で特異な形状でない設計とする。 <p>【17条30】【55条16】</p> <ul style="list-style-type: none"> ・溶接による割れが生ずるおそれがなく、かつ、健全な溶接部の確保に有害な溶込み不良その他の欠陥がないことを非破壊試験により確認する。 <p>【17条31】【55条17】</p>	—	— (検査に関する事項であり、設計対象外)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<ul style="list-style-type: none"> 適切な強度を有する設計とする。 適切な溶接施工法、溶接設備及び技能を有する溶接士であることを機械試験その他の評価方法によりあらかじめ確認する。 	<ul style="list-style-type: none"> 適切な強度を有する設計とする。 <p>【17条32】【55条18】</p> <ul style="list-style-type: none"> 適切な溶接施工法、溶接設備及び技能を有する溶接士であることを機械試験その他の評価方法によりあらかじめ確認する。 <p>【17条33】【55条19】</p>		
<p>5.3 使用中の亀裂等による破壊の防止</p> <p>クラス1機器、クラス1支持構造物、クラス2機器、クラス2支持構造物、クラス3機器、クラス4管、原子炉格納容器、原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物は、使用される環境条件を踏まえ応力腐食割れに対して残留応力が影響する場合、有意な残留応力が発生すると予想される部位の応力緩和を行う。</p> <p>使用中のクラス1機器、クラス1支持構造物、クラス2機器、クラス2支持構造物、クラス3機器、クラス4管、原子炉格納容器、原子炉格納容器支持構造物及び炉心支持構造物は、亀裂その他の欠陥により破壊が引き起こされないよう、保安規定に基づき「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」等に従って検査及び維持管理を行う。</p> <p>使用中のクラス1機器の耐圧部分は、貫通する亀裂その他の欠陥が発生しないよう、保安規定に基づき「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」等に従って検査及び維持管理を行う。</p>	<p>5.3 使用中の亀裂等による破壊の防止</p> <p>クラス1機器、クラス1支持構造物、クラス2機器、クラス2支持構造物、クラス3機器、クラス4管、原子炉格納容器、原子炉格納容器支持構造物、炉心支持構造物、重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2支持構造物は、使用される環境条件を踏まえ応力腐食割れに対して残留応力が影響する場合、有意な残留応力が発生すると予想される部位の応力緩和を行う。</p> <p>【18条1】【56条1】</p> <p>使用中のクラス1機器、クラス1支持構造物、クラス2機器、クラス2支持構造物、クラス3機器、クラス4管、原子炉格納容器、原子炉格納容器支持構造物、炉心支持構造物、重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス2支持構造物は、亀裂その他の欠陥により破壊が引き起こされないよう、保安規定に基づき「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」等に従って検査及び維持管理を行う。</p> <p>【18条2】【56条2】</p> <p>使用中のクラス1機器の耐圧部分は、貫通する亀裂その他の欠陥が発生しないよう、保安規定に基づき「実用発電用原子炉及びその附属施設における破壊を引き起こす亀裂その他の欠陥の解釈」等に従って検査及び維持管理を行う。</p> <p>【18条3】</p>	—	— (検査・保守管理に関する事項であり、設計対象外)
<p>5.4 耐圧試験等</p> <p>(1) クラス1機器、クラス2機器、クラス3機器、クラス4管及び原子炉格納容器は、施設時に、次に定めるところによる圧力で耐圧試験を行ったとき、これに耐え、かつ、著しい漏えいがないことを確認する。</p> <p>ただし、気圧により試験を行う場合であって、当該圧力に耐えることが確認された場合は、当該圧</p>	<p>5.4 耐圧試験等</p> <p>(1) クラス1機器、クラス2機器、クラス3機器、クラス4管及び原子炉格納容器は、施設時に、次に定めるところによる圧力で耐圧試験を行ったとき、これに耐え、かつ、著しい漏えいがないことを確認する。</p> <p>ただし、気圧により試験を行う場合であって、当該圧力に耐えることが確認された場合は、当該圧</p>	—	— (検査に関する事項であり、設計対象外)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>を最高使用圧力（原子炉格納容器にあつては、最高使用圧力の〇・九倍）までに減じて著しい漏えいがないことを確認する。</p> <p>なお、耐圧試験は、日本機械学会「発電用原子力設備規格 設計・建設規格」等に従って実施する。</p> <p>a. 内圧を受ける機器に係る耐圧試験の圧力は、機器の最高使用圧力を超え、かつ、機器に生ずる全体的な変形が弾性域の範囲内となる圧力とする。</p> <p>ただし、クラス1機器、クラス2管又はクラス3管であつて原子炉圧力容器と一体で耐圧試験を行う場合の圧力は、燃料体の装荷までの間に試験を行った後においては、通常運転時の圧力を超える圧力とする。</p> <p>b. 内部が大気圧未満になることにより、大気圧による外圧を受ける機器の耐圧試験の圧力は、大気圧と内圧との最大の差を上回る圧力とする。この場合において、耐圧試験の圧力は機器の内面から加えることができる。</p>	<p>力を最高使用圧力（原子炉格納容器にあつては、最高使用圧力の〇・九倍）までに減じて著しい漏えいがないことを確認する。</p> <p>【21条1】 なお、耐圧試験は、日本機械学会「発電用原子力設備規格 設計・建設規格」等に従って実施する。</p> <p>【21条2】 a. 内圧を受ける機器に係る耐圧試験の圧力は、機器の最高使用圧力を超え、かつ、機器に生ずる全体的な変形が弾性域の範囲内となる圧力とする。 ただし、クラス1機器、クラス2管又はクラス3管であつて原子炉圧力容器と一体で耐圧試験を行う場合の圧力は、燃料体の装荷までの間に試験を行った後においては、通常運転時の圧力を超える圧力とする。</p> <p>【21条3】 b. 内部が大気圧未満になることにより、大気圧による外圧を受ける機器の耐圧試験の圧力は、大気圧と内圧との最大の差を上回る圧力とする。この場合において、耐圧試験の圧力は機器の内面から加えることができる。</p> <p>【21条4】 (2) 重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス3機器に属する機器は、施設時に、当該機器の使用時における圧力で耐圧試験を行ったとき、これに耐え、かつ、著しい漏えいがないことを確認する。</p> <p>【58条1】 なお、耐圧試験は、日本機械学会「発電用原子力設備規格 設計・建設規格」等に従って実施する。</p> <p>【58条2】 ただし、使用時における圧力で耐圧試験を行うことが困難な場合は、運転性能試験結果を用いた評価等により確認する。</p> <p>【58条3】 重大事故等クラス3機器であつて、消防法に基づく技術上の規格等を満たす一般産業品の完成品は、上記によらず、運転性能試験や目視等によ</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>(3) 使用中のクラス1機器, クラス2機器, クラス3機器及びクラス4管は, 通常運転時における圧力で漏えい試験を行ったとき, 著しい漏えいがないことを確認する。</p> <p>なお, 漏えい試験は, 日本機械学会「発電用原子力設備規格 維持規格 (J S M E S N A 1)」等に従って実施する。</p>	<p>る有害な欠陥がないことの確認とすることもできるものとする。</p> <p>【58条4】</p> <p>(3) 使用中のクラス1機器, クラス2機器, クラス3機器及びクラス4管は, 通常運転時における圧力で, 使用中の重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス3機器に属する機器は, 当該機器の使用時における圧力で漏えい試験を行ったとき, 著しい漏えいがないことを確認する。</p> <p>【21条5】【58条5】</p> <p>なお, 漏えい試験は, 日本機械学会「発電用原子力設備規格 維持規格 (J S M E S N A 1)」等に従って実施する。</p> <p>【21条6】【58条6】</p> <p>ただし, 重大事故等クラス2機器及び重大事故等クラス3機器に属する機器は使用時における圧力で試験を行うことが困難な場合は, 運転性能試験結果を用いた評価等により確認する。</p> <p>【58条7】</p> <p>重大事故等クラス3機器であって, 消防法に基づく技術上の規格等を満たす一般産業品の完成品は, 上記によらず, 運転性能試験や目視等による有害な欠陥がないことの確認とすることもできるものとする。</p> <p>【58条8】</p> <p>(4) 原子炉格納容器は, 最高使用圧力の〇・九倍に等しい気圧で気密試験を行ったとき, 著しい漏えいがないことを確認する。</p> <p>【21条7】</p> <p>なお, 漏えい率試験は, 日本電気協会「原子炉格納容器の漏えい率試験規程 (J E A C 4 2 0 3)」等に従って行う。</p> <p>【21条8】</p> <p>ただし, 原子炉格納容器隔離弁の単一故障の考慮については, 判定基準に適切な余裕係数を見込むか, 内側隔離弁を開とし外側隔離弁を閉として試験を実施する。</p> <p>【21条9】</p>		
<p>(4) 原子炉格納容器は, 最高使用圧力の〇・九倍に等しい気圧で気密試験を行ったとき, 著しい漏えいがないことを確認する。</p> <p>なお, 漏えい率試験は, 日本電気協会「原子炉格納容器の漏えい率試験規程 (J E A C 4 2 0 3)」等に従って行う。</p> <p>ただし, 原子炉格納容器隔離弁の単一故障の考慮については, 判定基準に適切な余裕係数を見込むか, 内側隔離弁を開とし外側隔離弁を閉として試験を実施する。</p>			

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
<p>5.5 安全弁等</p> <p>蒸気タービン、発電機、変圧器及び遮断器を除く設計基準対象施設に設置する安全弁、逃がし弁、破壊板及び真空破壊弁は、日本機械学会「設計・建設規格」(J S M E S N C 1) 及び日本機械学会「発電用原子力設備規格 設計・建設規格 (J S M E S N C 1) 及び (J S M E S N C 1) 【事例規格】過圧防護に関する規定 (N C - C C - 0 0 1)」に適合するよう、以下のとおり設計する。</p> <p>なお、安全弁、逃がし弁、破壊板及び真空破壊弁については、施設時に適用した告示 (通商産業省「発電用原子力設備に関する構造等の技術基準 (昭和 45 年通商産業省告示第 5 0 1 号)」又は通商産業省「発電用原子力設備に関する構造等の技術基準 (昭和 55 年通商産業省告示第 5 0 1 号)」) の規定に適合する設計とする。</p> <p>安全弁及び逃がし弁 (以下「5.5 安全弁等」において「安全弁等」という。) は、確実に作動する構造を有する設計とする。</p> <p>安全弁等の弁軸は、弁座面からの漏えいを適切に防止できる構造とする。</p> <p>安全弁等又は真空破壊弁の材料は、容器及び管の重要度に応じて適切な材料を使用する。</p> <p>設計基準対象施設に係る安全弁又は逃がし弁 (以下「5.5 安全弁等」において「安全弁」という。) のうち、補助作動装置付きの安全弁にあつては、当該補助作動装置が故障しても系統の圧力をその最高使用圧力の 1.1 倍以下に保持するのに必要な吹出し容量が得られる構造とする。</p> <p>設計基準対象施設のうち減圧弁を有する管にあつて、その低圧側の設備が高圧側の圧力に耐えられる設計となっていないものうちクラス 1 管以外のものについては、減圧弁の低圧側の系統の健全性を維持するために必要な容量を持つ安全弁等を 1 個以上、減圧弁に接近して設置し、高圧側の圧力による損傷を防止する設計とす</p>	<p>5.5 安全弁等</p> <p>蒸気タービン、発電機、変圧器及び遮断器を除く設計基準対象施設及び重大事故等対処施設に設置する安全弁、逃がし弁、破壊板及び真空破壊弁は、日本機械学会「設計・建設規格」(J S M E S N C 1) 及び日本機械学会「発電用原子力設備規格 設計・建設規格 (J S M E S N C 1) 及び (J S M E S N C 1) 【事例規格】過圧防護に関する規定 (N C - C C - 0 0 1)」に適合するよう、以下のとおり設計する。</p> <p>なお、安全弁、逃がし弁、破壊板及び真空破壊弁については、施設時に適用した告示 (通商産業省「発電用原子力設備に関する構造等の技術基準 (昭和 45 年通商産業省告示第 5 0 1 号)」及び通商産業省「発電用原子力設備に関する構造等の技術基準 (昭和 55 年通商産業省告示第 5 0 1 号)」) の規定に適合する設計とする。</p> <p>【20条1】【57条1】</p> <p>安全弁及び逃がし弁 (以下「5.5 安全弁等」において「安全弁等」という。) は、確実に作動する構造を有する設計とする。</p> <p>【20条2】【57条2】</p> <p>安全弁等の弁軸は、弁座面からの漏えいを適切に防止できる構造とする。</p> <p>【20条3】【57条3】</p> <p>安全弁等又は真空破壊弁の材料は、容器及び管の重要度に応じて適切な材料を使用する。</p> <p>【20条4】【57条4】</p> <p>設計基準対象施設及び重大事故等対処施設に係る安全弁又は逃がし弁 (以下「5.5 安全弁等」において「安全弁」という。) のうち、補助作動装置付きの安全弁にあつては、当該補助作動装置が故障しても系統の圧力をその最高使用圧力の 1.1 倍以下に保持するのに必要な吹出し容量が得られる構造とする。</p> <p>【20条5】【57条5】</p> <p>設計基準対象施設及び重大事故等対処施設のうち減圧弁を有する管にあつて、その低圧側の設備が高圧側の圧力に耐えられる設計となっていないものうちクラス 1 管以外のものについては、減圧弁の低圧側の系統の健全性を維持するために必要な容量を持つ安全弁等を 1 個以上、減圧弁に接近して設置し、高圧側の圧</p>	<p>V-4-1 安全弁及び逃がし弁の吹出量計算書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 原子炉冷却系統施設の安全弁等の容量計算結果</p> <p>4. 計測制御系統施設の安全弁等の容量計算結果</p> <p>5. 非常用電源設備の安全弁等の容量計算結果</p>	<p>15. 安全弁等の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
<p>る。なお、容量は当該安全弁等の吹出し圧力と設置個数を適切に組み合わせることにより、系統の圧力をその最高使用圧力の 1.1 倍以下に保持するのに必要な容量を算定する。</p> <p>また、安全弁は、吹出し圧力を下回った後に、速やかに吹き止まる構造とする。</p> <p>なお、クラス 1 管には減圧弁を設置しない設計とする。</p> <p>原子炉圧力容器、所内ボイラ並びに原子炉格納容器を除く設計基準対象施設に属する容器又は管であって、内部に過圧が生ずるおそれがあるものにあつては、過圧防止に必要な容量を持つ安全弁等を 1 個以上設置し、内部の過圧による損傷を防止する設計とする。なお、容量は当該安全弁等の吹出し圧力と設置個数を適切に組み合わせることにより、系統の圧力をその最高使用圧力の 1.1 倍以下に保持するのに必要な容量を算定する。</p> <p>また、安全弁は吹出し圧力を下回った後に、速やかに吹き止まる構造とする。</p> <p>安全弁等の入口側に破壊板を設ける場合は、当該容器の最高使用圧力以下で破壊し、破壊板の破壊により安全弁等の機能を損なわないよう設計する。</p> <p>設計基準対象施設に属する容器又は管に設置する安全弁等の出口側には、破壊板を設置しない設計とする。</p>	<p>力による損傷を防止する設計とする。なお、容量は当該安全弁等の吹出し圧力と設置個数を適切に組み合わせることにより、系統の圧力をその最高使用圧力の 1.1 倍以下に保持するのに必要な容量を算定する。</p> <p>【20条9】【57条9】</p> <p>また、安全弁は、吹出し圧力を下回った後に、速やかに吹き止まる構造とする。</p> <p>なお、クラス 1 管には減圧弁を設置しない設計とする。</p> <p>【20条10】【57条10】</p> <p>原子炉圧力容器、所内ボイラ並びに原子炉格納容器を除く設計基準対象施設及び重大事故等対処施設に属する容器又は管であって、内部に過圧が生ずるおそれがあるものにあつては、過圧防止に必要な容量を持つ安全弁等を 1 個以上設置し、内部の過圧による損傷を防止する設計とする。なお、容量は当該安全弁等の吹出し圧力と設置個数を適切に組み合わせることにより、系統の圧力をその最高使用圧力の 1.1 倍以下に保持するのに必要な容量を算定する。</p> <p>【20条11】【57条11】</p> <p>また、安全弁は吹出し圧力を下回った後に、速やかに吹き止まる構造とする。</p> <p>【20条12】【57条12】</p> <p>安全弁等の入口側に破壊板を設ける場合は、当該容器の最高使用圧力以下で破壊し、破壊板の破壊により安全弁等の機能を損なわないよう設計する。</p> <p>【20条13】【57条13】</p> <p>設計基準対象施設及び重大事故等対処施設に属する容器又は管に設置する安全弁等の出口側には、破壊板を設置しない設計とする。</p> <p>【20条14】【57条14】</p>		
<p>設計基準対象施設に属する容器として、液体炭酸ガス等の安全弁等の作動を不能にするおそれのある物質を内包する容器にあつては、容器の過圧防止に必要な容量を持つ破壊板を 1 個以上設置し、内部の過圧による損傷を防止する設計とする。なお、容量は吹出し圧力と設置個数を適切に組み合わせることにより、容器の圧力をその最高使用圧力の 1.1 倍以下に保持するのに必要な容量を算定する。なお、容器と破壊板との間に連絡管は設</p>	<p>設計基準対象施設及び重大事故等対処設備に属する容器として、液体炭酸ガス等の安全弁等の作動を不能にするおそれのある物質を内包する容器にあつては、容器の過圧防止に必要な容量を持つ破壊板を 1 個以上設置し、内部の過圧による損傷を防止する設計とする。なお、容量は吹出し圧力と設置個数を適切に組み合わせることにより、容器の圧力をその最高使用圧力の 1.1 倍以下に保持するのに必要な容量を算定する。なお、容</p>	—	— (記載追加のみ、追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>置しない設計とする。</p> <p>設計基準対象施設に属する容器又は管に設置する安全弁等又は破壊板の入口側又は出口側に止め弁を設置する場合は、発電用原子炉の起動時及び運転中に止め弁が全開している事が確認できる設計とする。</p> <p>内部が大気圧未満となることにより外面に設計上定める圧力を超える圧力を受けるおそれがある設計基準対象施設に属する容器又は管については、適切な箇所に過圧防止に必要な容量以上となる真空破壊弁を1個以上設置し、負圧による容器又は管の損傷を防止する設計とする。</p> <p>設計基準対象施設のうち、流体に放射性物質を含む系統に設置する安全弁等、破壊板又は真空破壊弁は、放出される流体を、放射性廃棄物を一時的に貯蔵するタンクを介して廃棄物処理施設に導き、安全に処理することができる設計とする。</p>	<p>器と破壊板との間に連絡管は設置しない設計とする。</p> <p>【20条15】【57条15】</p> <p>設計基準対象施設及び重大事故等対処施設に属する容器又は管に設置する安全弁等又は破壊板の入口側又は出口側に止め弁を設置する場合は、発電用原子炉の起動時及び運転中に止め弁が全開している事が確認できる設計とする。</p> <p>【20条16】【57条16】</p> <p>内部が大気圧未満となることにより外面に設計上定める圧力を超える圧力を受けるおそれがある設計基準対象施設及び重大事故等対処施設に属する容器又は管については、適切な箇所に過圧防止に必要な容量以上となる真空破壊弁を1個以上設置し、負圧による容器又は管の損傷を防止する設計とする。</p> <p>【20条18】【57条18】</p> <p>設計基準対象施設及び重大事故等対処施設のうち、流体に放射性物質を含む系統に設置する安全弁等、破壊板又は真空破壊弁は、放出される流体を、放射性廃棄物を一時的に貯蔵するタンクを介して廃棄物処理施設に導き、安全に処理することができる設計とする。</p> <p>【20条19】【57条19】</p>		
<p>5.6 逆止め弁</p> <p>放射性物質を含む原子炉冷却材を内包する容器若しくは管又は放射性廃棄物処理設備（排気筒並びに廃棄物貯蔵設備及び換気設備を除く。）へ放射性物質を含まない流体を導く管には、逆止め弁を設ける設計とし、放射性物質を含む流体が放射性物質を含まない流体側へ逆流することによる汚染拡大を防止する。</p> <p>ただし、上記において、放射性物質を含む流体と放射性物質を含まない流体を導く管が直接接続されていない場合又は十分な圧力差を有している場合は、逆流するおそれがないため、逆止め弁の設置を不要とする。</p>	<p>5.6 逆止め弁</p> <p>放射性物質を含む原子炉冷却材を内包する容器若しくは管又は放射性廃棄物処理設備（排気筒並びに廃棄物貯蔵設備及び換気設備を除く。）へ放射性物質を含まない流体を導く管には、逆止め弁を設ける設計とし、放射性物質を含む流体が放射性物質を含まない流体側へ逆流することによる汚染拡大を防止する。</p> <p>ただし、上記において、放射性物質を含む流体と放射性物質を含まない流体を導く管が直接接続されていない場合又は十分な圧力差を有している場合は、逆流するおそれがないため、逆止め弁の設置を不要とする。</p> <p>【30条1】</p>	-	- (追加要求事項なし)
<p>5.7 内燃機関</p> <p>5.7.1 設計基準対象施設</p> <p>設計基準対象施設に施設する内燃機関（以下「内燃機関」という。）は、非常調速装置が作動したときに達する回転速度に対して構造上十分な機械的強度を有する設計とする。</p>	<p>5.7 内燃機関</p> <p>5.7.1 設計基準対象施設及び重大事故等対処施設</p> <p>設計基準対象施設及び重大事故等対処施設に施設する内燃機関（以下「内燃機関」という。）は、非常調速装置が作動したときに達する回転速度に対して構造上十分な機械的強度を有する設計とす</p>	<p>V-1-9-1-1 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書</p> <p>2.1 常設の非常用発電装置の出力に関する設計方針</p> <p>3.1 非常用ディーゼル発電機</p> <p>3.2 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機</p>	<p>12. 材料及び構造に係る設計</p> <p>12.5 発電用火力設備の技術基準による強度評価</p> <p>16. 内燃機関の設計</p> <p>(1) 常設の内燃機関の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>内燃機関の軸受は運転中の荷重を安定に支持できるものであって、かつ、異常な磨耗、変形及び過熱が生じない設計とする。</p> <p>内燃機関の耐圧部の構造は、最高使用圧力又は最高使用温度において発生する耐圧部分に生じる応力は当該部分に使用する材料の許容応力以下となる設計とする。</p> <p>内燃機関を屋内その他酸素欠乏の発生のおそれのある場所に設置するときは、給排気部を設ける設計とする。</p> <p>内燃機関は、その回転速度及び出力が負荷の変動により持続的に動揺することを防止する調速装置を設けるとともに、運転中に生じた過速度その他の異常による設備の破損を防止するため、その異常が発生した場合に内燃機関を安全に停止させる非常調速装置その他非常用停止装置を設置する設計とする。</p> <p>内燃機関及びその付属設備であって過圧が生じるおそれのあるものには、適切な過圧防止装置を設ける設計とする。</p> <p>内燃機関には、設備の損傷を防止するために、回転速度、潤滑油圧力及び潤滑油温度等の運転状態を計測する装置を設ける設計とする。</p> <p>内燃機関の付属設備に属する容器及び管は発電用原子炉施設として、「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」の材料及び構造、安全弁等、耐圧試験等の規定を満たす設計とする。</p>	<p>る。</p> <p>【48条12】【78条2】 内燃機関の軸受は運転中の荷重を安定に支持できるものであって、かつ、異常な磨耗、変形及び過熱が生じない設計とする。</p> <p>【48条13】【78条3】 内燃機関の耐圧部の構造は、最高使用圧力又は最高使用温度において発生する耐圧部分に生じる応力は当該部分に使用する材料の許容応力以下となる設計とする。</p> <p>【48条14】【78条4】 内燃機関を屋内その他酸素欠乏の発生のおそれのある場所に設置するときは、給排気部を設ける設計とする。</p> <p>【48条15】【78条5】 内燃機関は、その回転速度及び出力が負荷の変動により持続的に動揺することを防止する調速装置を設けるとともに、運転中に生じた過速度その他の異常による設備の破損を防止するため、その異常が発生した場合に内燃機関を安全に停止させる非常調速装置その他非常用停止装置を設置する設計とする。</p> <p>【48条16】【78条6】 内燃機関及びその付属設備であって過圧が生じるおそれのあるものには、適切な過圧防止装置を設ける設計とする。</p> <p>【48条17】【78条7】 内燃機関には、設備の損傷を防止するために、回転速度、潤滑油圧力及び潤滑油温度等の運転状態を計測する装置を設ける設計とする。</p> <p>【48条18】【78条8】 内燃機関の付属設備に属する容器及び管は発電用原子炉施設として、「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」の材料及び構造、安全弁等、耐圧試験等の規定を満たす設計とする。</p> <p>【48条4】【78条1】</p>	<p>3.3 常設代替高圧電源装置</p> <p>3.4 緊急時対策所用発電機</p> <p>V-3-別添4 発電用火力設備の技術基準による強度に関する説明書</p> <p>1. 強度評価の基本方針</p> <p>2. 発電用火力設備の技術基準による強度評価方法</p> <p>3. 発電用火力設備の技術基準による強度評価書</p>	
	<p>5.7.2 可搬型重大事故等対処設備 可搬型の非常用発電装置の内燃機関は、流入す</p>	<p>V-1-9-1-1 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書</p>	<p>12. 材料及び構造に係る設計</p> <p>12.6 非常用発電装置（可搬型）の強度評価</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>る燃料を自動的に調整する調速装置及び軸受が異常な摩耗、変形及び過熱が生じないように潤滑油装置を設ける設計とする。</p> <p>可搬型の非常用発電装置の内燃機関は、回転速度、潤滑油圧力及び潤滑油温度等の運転状態を計測する装置を設ける設計とする。</p> <p>可搬型の非常用発電装置の内燃機関は、回転速度が著しく上昇した場合及び冷却水温度が著しく上昇した場合等に自動的に停止する設計とする。</p> <p>可搬型の非常用発電装置の強度については、完成品として一般産業品規格で規定される温度試験等を実施し、定格負荷状態において十分な強度を有する設計とする。</p> <p>【78条9】</p>	<p>2.2 可搬型の非常用発電装置の出力に関する設計方針</p> <p>3.5 可搬型の非常用発電装置</p> <p>V-3-別添5 非常用発電装置（可搬型）の強度に関する説明書</p> <p>2.2 評価方法の選定</p> <p>3.1 JEM-1354に規定される温度試験による評価</p> <p>4.1 JEM-1354に規定される温度試験による評価結果</p>	<p>16. 内燃機関の設計</p> <p>(2) 可搬型の内燃機関の設計</p>
<p>5.8 電気設備の設計条件</p> <p>5.8.1 設計基準対象施設</p> <p>設計基準対象施設に施設する電気設備（以下「電気設備」という。）は、感電又は火災のおそれがないように接地し、充電部分に容易に接触できない設計とする。</p> <p>電気設備は、電路を絶縁し、電線等が接続部分において電気抵抗を増加させないように端子台等により接続するほか、期待される使用状態において断線のおそれがない設計とする。</p> <p>電気設備における電路に施設する電気機械器具は、期待される使用状態において発生する熱に耐えるものとし、高圧又は特別高圧の電気機械器具については、可燃性の物と隔離する設計とする。</p> <p>電気設備は、電流が安全かつ確実に大地に通じることができるよう、適切な箇所に接地を施す設計とする。</p> <p>電気設備における高圧の電路と低圧の電路とを結合する変圧器には、適切な箇所に接地を施し、変圧器により特別高圧の電路に結合される高圧の電路には、避雷器を施設する設計とする。</p>	<p>5.8 電気設備の設計条件</p> <p>5.8.1 設計基準対象施設及び重大事故等対処施設</p> <p>設計基準対象施設及び重大事故等対処施設に施設する電気設備（以下「電気設備」という。）は、感電又は火災のおそれがないように接地し、充電部分に容易に接触できない設計とする。</p> <p>【48条19】【78条10】</p> <p>電気設備は、電路を絶縁し、電線等が接続部分において電気抵抗を増加させないように端子台等により接続するほか、期待される使用状態において断線のおそれがない設計とする。</p> <p>【48条20】【78条11】</p> <p>電気設備における電路に施設する電気機械器具は、期待される使用状態において発生する熱に耐えるものとし、高圧又は特別高圧の電気機械器具については、可燃性の物と隔離する設計とする。</p> <p>【48条21】【78条12】</p> <p>電気設備は、電流が安全かつ確実に大地に通じることができるよう、適切な箇所に接地を施す設計とする。</p> <p>【48条22】【78条13】</p> <p>電気設備における高圧の電路と低圧の電路とを結合する変圧器には、適切な箇所に接地を施し、変圧器により特別高圧の電路に結合される高圧の電路には、避雷器を施設する設計とする。</p>	<p>V-1-9-1-1 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書</p> <p>2.1 常設の非常用発電装置の出力に関する設計方針</p> <p>3.1 非常用ディーゼル発電機</p> <p>3.2 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機</p> <p>3.3 常設代替高圧電源装置</p> <p>3.4 緊急時対策所用発電機</p> <p>V-1-9-2-1 常用発電設備の健全性に関する説明書</p> <p>2.4 電気設備の異常の予防等に関する設計事項</p> <p>3.2.2 電気設備の異常の予防等に関する設計事項</p> <p>3.3.4 電気設備の異常の予防等に関する設計事項</p> <p>3.4.2 電気設備の異常の予防等に関する設計事項</p> <p>V-1-9-2-2 三相短絡容量計算書</p>	<p>17. 電気設備の設計</p> <p>(1) 常設の電気設備の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>電気設備は、電路の必要な箇所に過電流遮断器又は地絡遮断器を施設する設計とする。</p> <p>電気設備は、他の電気設備その他の物件の機能に電氣的又は磁氣的な障害を与えない設計とする。</p> <p>電気設備のうち高圧又は特別高圧の電気機械器具及び母線等は、取扱者以外の者が容易に立ち入るおそれがないよう発電所にフェンス等を設ける設計とする。</p> <p>電気設備における架空電線は、接触又は誘導作用による感電のおそれがなく、かつ、交通に支障を及ぼすおそれがない高さに施設する設計とする。</p> <p>電気設備における電力保安通信線は、他の電線等を損傷するおそれがなく、かつ、接触又は断線によって生じる混触による感電又は火災のおそれがない設計とする。</p> <p>電気設備のうちガス絶縁機器は、最高使用圧力に耐え、かつ、漏えいがなく、異常な圧力を検知するとともに、使用する絶縁ガスは可燃性、腐食性及び有毒性のない設計とする。</p> <p>電気設備のうち水素冷却式発電機は、水素の漏えい又は空気の混入のおそれがなく、水素が大気圧で爆発する場合に生じる圧力に耐える強度を有し、異常を早期に検知し警報する機能を有する設計とする。</p> <p>電気設備のうち水素冷却式発電機は、軸封部から漏えいした水素を外部に放出でき、発電機内への水素の導入及び発電機内からの水素の外部への放出が安全にできる設計とする。</p> <p>電気設備のうち発電機又は特別高圧の変圧器に</p>	<p>【48条23】【78条14】 電気設備は、電路の必要な箇所に過電流遮断器又は地絡遮断器を施設する設計とする。</p> <p>【48条24】【78条15】 電気設備は、他の電気設備その他の物件の機能に電氣的又は磁氣的な障害を与えない設計とする。</p> <p>【48条25】【78条16】 電気設備のうち高圧又は特別高圧の電気機械器具及び母線等は、取扱者以外の者が容易に立ち入るおそれがないよう発電所にフェンス等を設ける設計とする。</p> <p>【48条26】【78条17】 電気設備における架空電線は、接触又は誘導作用による感電のおそれがなく、かつ、交通に支障を及ぼすおそれがない高さに施設する設計とする。</p> <p>【48条27】 電気設備における電力保安通信線は、他の電線等を損傷するおそれがなく、かつ、接触又は断線によって生じる混触による感電又は火災のおそれがない設計とする。</p> <p>【48条28】 電気設備のうちガス絶縁機器は、最高使用圧力に耐え、かつ、漏えいがなく、異常な圧力を検知するとともに、使用する絶縁ガスは可燃性、腐食性及び有毒性のない設計とする。</p> <p>【48条29】 電気設備のうち水素冷却式発電機は、水素の漏えい又は空気の混入のおそれがなく、水素が大気圧で爆発する場合に生じる圧力に耐える強度を有し、異常を早期に検知し警報する機能を有する設計とする。</p> <p>【48条30】 電気設備のうち水素冷却式発電機は、軸封部から漏えいした水素を外部に放出でき、発電機内への水素の導入及び発電機内からの水素の外部への放出が安全にできる設計とする。</p> <p>【48条31】 電気設備のうち発電機又は特別高圧の変圧器に</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>は、異常が生じた場合に自動的にこれを電路から遮断する装置を施設する設計とする。</p> <p>電気設備のうち発電機及び変圧器等は、短絡電流により生じる機械的衝撃に耐え、発電機の回転する部分については非常调速装置及びその他の非常停止装置が動作して達する速度に対し耐える設計とする。</p> <p>また、蒸気タービンに接続する発電機は、軸受又は軸に発生しうる最大の振動に対して構造上十分な機械的強度を有した設計とする。</p> <p>電気設備においては、運転に必要な知識及び技能を有する者が発電所構内に常時駐在し、異常を早期に発見できる設計とする。</p> <p>電気設備において、発電所の架空電線引込口及び引出口又はこれに近接する箇所には、避雷器を施設する設計とする。</p> <p>電気設備における電力保安通信線は、機械的衝撃又は火災等により通信の機能を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>電気設備において、電力保安通信設備に使用する無線通信用アンテナを施設する支持物の材料及び構造は、風圧荷重を考慮し、倒壊により通信の機能を損なうおそれがない設計とする。</p>	<p>は、異常が生じた場合に自動的にこれを電路から遮断する装置を施設する設計とする。</p> <p>【48条32】 電気設備のうち発電機及び変圧器等は、短絡電流により生じる機械的衝撃に耐え、発電機の回転する部分については非常调速装置及びその他の非常停止装置が動作して達する速度に対し耐える設計とする。</p> <p>【48条33】【78条18】 また、蒸気タービンに接続する発電機は、軸受又は軸に発生しうる最大の振動に対して構造上十分な機械的強度を有した設計とする。</p> <p>【48条34】 電気設備においては、運転に必要な知識及び技能を有する者が発電所構内に常時駐在し、異常を早期に発見できる設計とする。</p> <p>【48条35】【78条19】 電気設備において、発電所の架空電線引込口及び引出口又はこれに近接する箇所には、避雷器を施設する設計とする。</p> <p>【48条36】 電気設備における電力保安通信線は、機械的衝撃又は火災等により通信の機能を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>【48条37】 電気設備において、電力保安通信設備に使用する無線通信用アンテナを施設する支持物の材料及び構造は、風圧荷重を考慮し、倒壊により通信の機能を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>【48条38】</p>		
	<p>5.8.2 可搬型重大事故等対処設備</p> <p>可搬型の非常用発電装置の発電機は、電氣的・機械的に十分な性能を持つ絶縁巻線を使用し、耐熱性及び耐湿性を考慮した絶縁処理を施す設計とする。</p> <p>可搬型の非常用発電装置の発電機は、電源電圧の著しく低下した場合及び過電流が発生した場合等に自動的に停止する設計とする。</p> <p>可搬型の非常用発電装置の発電機は、定格出力</p>	<p>V-1-9-1-1 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書</p> <p>2.2 可搬型の非常用発電装置の出力に関する設計方針</p> <p>3.5 可搬型の非常用発電装置</p>	<p>17. 電気設備の設計</p> <p>(2) 可搬型の電気設備の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>のもとで1時間運転し、安定した運転が維持されることを確認した設備とする。</p> <p>【78条20】</p>		
<p>6. その他</p> <p>6.1 立ち入りの防止</p> <p>発電所には、人がみだりに管理区域内に立ち入らないように壁、柵、塀等の人の侵入を防止するための設備を設け、かつ、管理区域である旨を表示する設計とする。</p> <p>保全区域と管理区域以外の場所との境界には、他の場所と区別するため、壁、柵、塀等の保全区域を明らかにするための設備を設ける設計、又は保全区域である旨を表示する設計とする。</p> <p>発電所には、業務上立ち入る者以外の者がみだりに周辺監視区域内に立ち入ることを制限するため、柵、塀等の人の侵入を防止するための設備を設ける設計、又は周辺監視区域である旨を表示する設計とする（ただし、当該区域に人が立ち入るおそれがないことが明らかな場合は除く。）。</p> <p>管理区域、保全区域及び周辺監視区域における立ち入りの防止については、保安規定に基づき、その措置を実施する。</p>	<p>6. その他</p> <p>6.1 立ち入りの防止</p> <p>発電所には、人がみだりに管理区域内に立ち入らないように壁、柵、塀等の人の侵入を防止するための設備を設け、かつ、管理区域である旨を表示する設計とする。</p> <p>【8条1】</p> <p>保全区域と管理区域以外の場所との境界には、他の場所と区別するため、壁、柵、塀等の保全区域を明らかにするための設備を設ける設計、又は保全区域である旨を表示する設計とする。</p> <p>【8条2】</p> <p>発電所には、業務上立ち入る者以外の者がみだりに周辺監視区域内に立ち入ることを制限するため、柵、塀等の人の侵入を防止するための設備を設ける設計、又は周辺監視区域である旨を表示する設計とする（ただし、当該区域に人が立ち入るおそれがないことが明らかな場合は除く。）。</p> <p>【8条3】</p> <p>管理区域、保全区域及び周辺監視区域における立ち入りの防止については、保安規定に基づき、その措置を実施する。</p> <p>【8条4】</p>	<p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>（基本設計方針に変更はないが、要求事項に変更があり、本工認で必要な設計）</p> <p>7. 立ち入りの防止に係る設計</p>
<p>6.2 発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止</p> <p>発電用原子炉施設への人の不法な侵入を防止するための区域を設定し、その区域を人の容易な侵入を防止できる柵、鉄筋コンクリート造りの壁等の障壁によって区画して、巡視、監視等を行うことにより、侵入防止及び出入管理を行うことができる設計とする。</p> <p>また、探知施設を設け、警報、映像等を集中監視するとともに、核物質防護措置に係る関係機関等との通信連絡を行うことができる設計とする。さらに、防護された区域内においても、施錠管理により、発電用原子炉施設及び特定核燃料物質の防護のために必要な設備又は装置の操作に係る情報システムへの不法な接近を防止す</p>	<p>6.2 発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止</p> <p>発電用原子炉施設への人の不法な侵入を防止するための区域を設定し、その区域を人の容易な侵入を防止できる柵、鉄筋コンクリート造りの壁等の障壁によって区画して、巡視、監視等を行うことにより、侵入防止及び出入管理を行うことができる設計とする。</p> <p>【9条1】</p> <p>また、探知施設を設け、警報、映像等を集中監視するとともに、核物質防護措置に係る関係機関等との通信連絡を行うことができる設計とする。さらに、防護された区域内においても、施錠管理により、発電用原子炉施設及び特定核燃料物質の防護のために必要な設備又は装置の操作に係る情報システムへの不法な接近を防止</p>	<p>運用に関する記載であり、核物質防護規定にて対応</p>	<p>（基本設計方針に変更はないが、要求事項に変更があり、本工認で必要な設計）</p> <p>8. 不法な侵入等の防止設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
る設計とする。	する設計とする。 【9条2】		
これらの対策については、核物質防護規定に定めて管理する。	<p>発電用原子炉施設に不正に爆発性又は易燃性を有する物件その他人に危害を与え、又は他の物件を損傷するおそれがある物件の持込み（郵便物等による発電所外からの爆破物及び有害物質の持込みを含む。）を防止するため、持込み点検を行うことができる設計とする。</p> <p>【9条3】</p> <p>不正アクセス行為（サイバーテロを含む。）を防止するため、発電用原子炉施設及び特定核燃料物質の防護のために必要な設備又は装置の操作に係る情報システムが、電気通信回線を通じた不正アクセス行為（サイバーテロを含む。）を受けることがないように、当該情報システムに対する外部からのアクセスを遮断する設計とする。</p> <p>【9条4】</p> <p>これらの対策については、核物質防護規定に定めて管理する。</p> <p>【9条5】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 別添3 発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止について</p> <p>運用に関する記載であり、核物質防護規定にて対応</p>	8. 不法な侵入等の防止設計
<p>6.3 安全避難通路等</p> <p>発電用原子炉施設には、その位置を明確かつ恒久的に表示することにより容易に識別できる安全避難通路及び照明用の電源が喪失した場合においても機能を損なわない避難用照明として、非常用ディーゼル発電機、蓄電池又は灯具に内蔵した蓄電池により電力を供給できる非常灯（一部「東海、東海第二発電所共用」）及び誘導灯（一部「東海、東海第二発電所共用」）を設置し、安全に避難できる設計とする。</p>	<p>6.3 安全避難通路等</p> <p>発電用原子炉施設には、その位置を明確かつ恒久的に表示することにより容易に識別できる安全避難通路及び照明用の電源が喪失した場合においても機能を損なわない避難用照明として、非常用ディーゼル発電機、蓄電池又は灯具に内蔵した蓄電池により電力を供給できる非常灯（一部「東海、東海第二発電所共用」）及び誘導灯（一部「東海、東海第二発電所共用」）を設置し、安全に避難できる設計とする。</p> <p>【13条1】</p>	<p>V-1-1-11 安全非難通路に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 施設の詳細設計方針</p> <p>V-1-1-12 非常用照明に関する説明書</p> <p>2.1 避難用照明</p> <p>3.1 避難用照明</p>	<p>13. 安全避難通路等に係る設計</p> <p>14. 非常用照明に係る設計</p>
	<p>設計基準事故が発生した場合に用いる作業用照明として、非常用照明、直流非常灯及び蓄電池内蔵型照明を設置する設計とする。</p> <p>非常用照明は非常用低圧母線、直流非常灯は蓄電池（非常用）に接続し、非常用ディーゼル発電機からも電力を供給できる設計とするとともに、蓄電池内蔵型照明は常用低圧母線又は非常用低圧母線に接続し、内蔵蓄電池を備える設計とする。</p> <p>【13条2】</p> <p>直流非常灯及び蓄電池内蔵型照明は、全交流動力電</p>	<p>V-1-1-12 非常用照明に関する説明書</p> <p>2.2 設計基準事故が発生した場合に用いる作業用照明</p> <p>3.2 設計基準事故が発生した場合に用いる照明</p>	<p>14. 非常用照明に係る設計</p> <p>V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1</p> <p>9. 中央制御室の機能の設計</p> <p>(2) 中央制御室の機能の設計</p> <p>c. 居住性の確保</p> <p>(c) 照明</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>源喪失時から重大事故等に対処するために必要な電力の供給が常設代替交流電源設備から開始されるまでの間、点灯可能な設計とする。</p> <p>【13条3】 設計基準事故に対応するための操作が必要な場所には、作業用照明を設置することにより作業が可能となる設計とする。</p> <p>【13条4】</p>		
<p>6.4 放射性物質による汚染の防止</p> <p>放射性物質により汚染されるおそれがある高さまでの壁面、手摺、梯子の表面は、平滑にし、放射性物質による汚染を除去し易い設計とする。</p> <p>人が触れるおそれがある物の放射性物質による汚染を除去する除染設備を施設し、放射性物質を除去できる設計とする。除染設備の排水は、液体廃棄物処理設備で処理する設計とする。</p>	<p>6.4 放射性物質による汚染の防止</p> <p>放射性物質により汚染されるおそれがある高さまでの壁面、手摺、梯子の表面は、平滑にし、放射性物質による汚染を除去し易い設計とする。</p> <p>【41条1】 人が触れるおそれがある物の放射性物質による汚染を除去する除染設備を施設し、放射性物質を除去できる設計とする。除染設備の排水は、液体廃棄物処理設備で処理する設計とする。</p> <p>【41条2】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：原子炉冷却系統施設(個別項目)】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>第2章 個別項目</p> <p>1. 原子炉冷却材</p> <p>原子炉冷却材は、通常運転時における圧力、温度及び放射線によって起こる最も厳しい条件において、核的性質として核反応断面積が核反応維持のために適切であり、熱水力的性質として冷却能力が適切であることを保持し、かつ、燃料体及び構造材の健全性を妨げることのない性質であり、通常運転時において放射線に対して化学的に安定であることを保持し得る設計とする。</p>	<p>第2章 個別項目</p> <p>1. 原子炉冷却材</p> <p>原子炉冷却材は、通常運転時における圧力、温度及び放射線によって起こる最も厳しい条件において、核的性質として核反応断面積が核反応維持のために適切であり、熱水力的性質として冷却能力が適切であることを保持し、かつ、燃料体及び構造材の健全性を妨げることのない性質であり、通常運転時において放射線に対して化学的に安定であることを保持し得る設計とする。</p> <p>【25条1】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>2. 原子炉冷却材再循環設備</p> <p>2.1 原子炉冷却材再循環系</p> <p>原子炉冷却材再循環系は、再循環系ポンプ及び原子炉圧力容器内部に設けられたジェットポンプにより、炉水を原子炉圧力容器内に循環させて、炉心から熱除去を行う。</p>	<p>2. 原子炉冷却材再循環設備</p> <p>2.1 原子炉冷却材再循環系</p> <p>原子炉冷却材再循環系は、再循環系ポンプ及び原子炉圧力容器内部に設けられたジェットポンプにより、炉水を原子炉圧力容器内に循環させて、炉心から熱除去を行う。</p> <p>【33条1】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>再循環系ポンプ全台が電源喪失した場合でも、燃料棒が十分な熱的余裕を有し、かつタービン・トリップ又は負荷遮断直後の原子炉出力を抑制できるように、原子炉冷却材再循環系は適切な慣性を有する設計とする。</p>	<p>再循環系ポンプ全台が電源喪失した場合でも、燃料棒が十分な熱的余裕を有し、かつタービン・トリップ又は負荷遮断直後の原子炉出力を抑制できるように、原子炉冷却材再循環系は適切な慣性を有する設計とする。</p> <p>【33条4】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
<p>3. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>3.1 主蒸気系, 復水給水系等</p> <p>炉心で発生した蒸気は, 原子炉圧力容器内の気水分離器及び蒸気乾燥器を経た後, 主蒸気管で蒸気タービンに導く設計とする。</p> <p>なお, 主蒸気管には, 逃がし安全弁及び主蒸気隔離弁を取り付ける。</p> <p>蒸気タービンを出た蒸気は主復水器で復水する。復水は復水ポンプ, 復水脱塩装置, 給水加熱器を通り, 給水ポンプにより発電用原子炉に戻す設計とする。主蒸気管には, タービンバイパス系を設け, 蒸気を主復水器へバイパスできる設計とする。</p>	<p>3. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>3.1 主蒸気系, 復水給水系等</p> <p>炉心で発生した蒸気は, 原子炉圧力容器内の気水分離器及び蒸気乾燥器を経た後, 主蒸気管で蒸気タービンに導く設計とする。</p> <p>なお, 主蒸気管には, 逃がし安全弁及び主蒸気隔離弁を取り付ける。</p> <p>蒸気タービンを出た蒸気は主復水器で復水する。復水は復水ポンプ, 復水脱塩装置, 給水加熱器を通り, 給水ポンプにより発電用原子炉に戻す設計とする。主蒸気管には, タービンバイパス系を設け, 蒸気を主復水器へバイパスできる設計とする。</p> <p>【33条2】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>4.2.1 主蒸気系</p> <p>構造図</p> <p>4.2.1 主蒸気系</p>	<p>(追加要求事項はないが, 本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・主蒸気系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <ul style="list-style-type: none"> a. 原子炉冷却材の循環設備 (f) 逃がし安全弁に係る設計
<p>復水給水系には復水中の核分裂生成物及び腐食生成物を除去するために復水脱塩装置を設け, 高純度の給水を発電用原子炉へ供給できるようにする。また, 5段の低圧給水加熱器及び1段の高圧給水加熱器を設け, 発電用原子炉への適切な給水温度を確保できる設計とする。</p> <p>タービンバイパス系は, 原子炉起動時, 停止時, 通常運転時及び過渡状態において, 原子炉蒸気を直接主復水器に導き, 原子炉定格蒸気流量の約 25 %を処理できる設計とする。</p>	<p>復水給水系には復水中の核分裂生成物及び腐食生成物を除去するために復水脱塩装置を設け, 高純度の給水を発電用原子炉へ供給できるようにする。また, 5段の低圧給水加熱器及び1段の高圧給水加熱器を設け, 発電用原子炉への適切な給水温度を確保できる設計とする。</p> <p>タービンバイパス系は, 原子炉起動時, 停止時, 通常運転時及び過渡状態において, 原子炉蒸気を直接主復水器に導き, 原子炉定格蒸気流量の約 25 %を処理できる設計とする。</p> <p>【33条3】</p>	<p>—</p>	<p>—</p> <p>(追加要求事項なし)</p>
<p>3.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する機器は, 通常運転時, 運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時に生ずる衝撃, 炉心の反応度の変化による荷重の増加その他の原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する機器に加わる負荷に耐える設計とする。</p>	<p>3.2 原子炉冷却材圧力バウンダリ</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する機器は, 通常運転時, 運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時に生ずる衝撃, 炉心の反応度の変化による荷重の増加その他の原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する機器に加わる負荷に耐える設計とする。</p> <p>【27条1】</p>	<p>—</p>	<p>—</p> <p>(追加要求事項なし)</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
設計における衝撃荷重として、原子炉冷却材喪失事故に伴うジェット反力等、安全弁等の開放に伴う荷重を考慮するとともに、反応度が炉心に投入されることにより原子炉冷却系の圧力が増加することに伴う荷重の増加（浸水燃料の破損に加えて、ペレット／被覆管機械的相互作用を原因とする破損による衝撃圧力等に伴う荷重の増加を含む。）を考慮した設計とする。	設計における衝撃荷重として、原子炉冷却材喪失事故に伴うジェット反力等、安全弁等の開放に伴う荷重を考慮するとともに、反応度が炉心に投入されることにより原子炉冷却系の圧力が増加することに伴う荷重の増加（浸水燃料の破損に加えて、ペレット／被覆管機械的相互作用を原因とする破損による衝撃圧力等に伴う荷重の増加を含む。）を考慮した設計とする。 【27条2】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉冷却材圧力バウンダリは、次の範囲の機器及び配管とする。	原子炉冷却材圧力バウンダリは、次の範囲の機器及び配管とする。 【27条3】	—	— (追加要求事項なし)
(1) 原子炉圧力容器及びその付属物（本体に直接付けられるもの及び制御棒駆動機構ハウジング等）	(1) 原子炉圧力容器及びその付属物（本体に直接付けられるもの及び制御棒駆動機構ハウジング等） 【27条4】	—	— (追加要求事項なし)
(2) 原子炉冷却系を構成する機器及び配管（主蒸気管及び給水管のうち原子炉側からみて第二隔離弁を含むまでの範囲）	(2) 原子炉冷却系を構成する機器及び配管（主蒸気管及び給水管のうち原子炉側からみて第二隔離弁を含むまでの範囲） 【27条5】	—	— (追加要求事項なし)
(3) 接続配管 (一) 通常時開及び設計基準事故時閉となる弁を有するものは、発電用原子炉側からみて、第二隔離弁を含むまでの範囲とする。	(3) 接続配管 (一) 通常時開及び設計基準事故時閉となる弁を有するものは、発電用原子炉側からみて、第二隔離弁を含むまでの範囲とする。 【27条6】	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>(二) 通常時又は設計基準事故時に開となるおそれがある通常時閉及び設計基準事故時閉となる弁を有するものは、発電用原子炉側からみて、第一隔離弁を含むまでの範囲とする。</p>	<p>(二) 通常時又は設計基準事故時に開となるおそれがある通常時閉及び設計基準事故時閉となる弁を有するものは、発電用原子炉側からみて、第二隔離弁を含むまでの範囲とする。</p> <p>【27条7】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>・主蒸気系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ</p>
<p>(三) 通常時閉及び設計基準事故時閉となる弁を有するもののうち、(二)以外のものは、発電用原子炉側からみて、第一隔離弁を含むまでの範囲とする。</p>	<p>(三) 通常時閉及び設計基準事故時閉となる弁を有するもののうち、(二)以外のものは、発電用原子炉側からみて、第一隔離弁を含むまでの範囲とする。</p> <p>【27条8】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>(四) 通常時閉及び原子炉冷却材喪失時閉となる弁を有する非常用炉心冷却系等も(一)に準ずる。</p>	<p>(四) 通常時閉及び原子炉冷却材喪失時閉となる弁を有する非常用炉心冷却系等も(一)に準ずる。</p> <p>【27条9】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>(五) 上記において「隔離弁」とは、自動隔離弁、逆止弁、通常時施錠管理等でロックされた閉止弁及び遠隔操作閉止弁をいう。なお、通常時閉、設計基準事故時閉となる手動弁のうち個別に施錠管理を行う弁は、開となるおそれがなく、上記(三)に該当する。</p>	<p>(五) 上記において「隔離弁」とは、自動隔離弁、逆止弁、通常時施錠管理等でロックされた閉止弁及び遠隔操作閉止弁をいう。なお、通常時閉、設計基準事故時閉となる手動弁のうち個別に施錠管理を行う弁は、開となるおそれがなく、上記(三)に該当する。</p> <p>【27条10】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>また、原子炉冷却材圧力バウンダリは、以下に述べる事項を十分満足するように設計、材料選定を行う。</p>	<p>また、原子炉冷却材圧力バウンダリは、以下に述べる事項を十分満足するように設計、材料選定を行う。</p> <p>【27条11】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>通常運転時において、出力運転中、圧力制御系により原子炉圧力を一定に保持する設計とする。原子炉起動、停止時の加熱・冷却率を一定の値以下に抑える等の配慮をする。</p> <p>タービントリップ、主蒸気隔離弁閉止等の運転時の異常な過渡変化時において、「主蒸気止め弁閉」、「主蒸気隔離弁閉」等の原子炉スクラム信号を発する安全保護回路を設けること、また逃がし安全弁を設けること等により、原子炉冷却材圧力バウンダリ過渡最大圧力が原子炉冷却材圧力バウンダリの最高使用圧力の1.1倍の圧力（9.48 MPa）を超えない設計とする。</p>	<p>通常運転時において、出力運転中、圧力制御系により原子炉圧力を一定に保持する設計とする。原子炉起動、停止時の加熱・冷却率を一定の値以下に抑える等の配慮をする。</p> <p>タービントリップ、主蒸気隔離弁閉止等の運転時の異常な過渡変化時において、「主蒸気止め弁閉」、「主蒸気隔離弁閉」等の原子炉スクラム信号を発する安全保護回路を設けること、また逃がし安全弁を設けること等により、原子炉冷却材圧力バウンダリ過渡最大圧力が原子炉冷却材圧力バウンダリの最高使用圧力の1.1倍の圧力（9.48 MPa）を超えない設計とする。</p> <p>【27条12】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>設計基準事故時のうち原子炉冷却材圧力バウンダリの健全性が問題となる可能性がある制御棒落下事象については、「原子炉出力ペリオド短」、「中性子束高」等の原子炉スクラム信号を発する安全保護回路を設け、制御棒落下速度リミッタ、制御棒価値ミニマイザなどの対策とあいまって、設計基準事故時の燃料の二酸化ウランの最大エンタルピを抑え、原子炉冷却材圧力バウンダリの健全性を確保できる設計とする。</p>	<p>設計基準事故時のうち原子炉冷却材圧力バウンダリの健全性が問題となる可能性がある制御棒落下事象については、「原子炉出力ペリオド短」、「中性子束高」等の原子炉スクラム信号を発する安全保護回路を設け、制御棒落下速度リミッタ、制御棒価値ミニマイザなどの対策とあいまって、設計基準事故時の燃料の二酸化ウランの最大エンタルピを抑え、原子炉冷却材圧力バウンダリの健全性を確保できる設計とする。</p> <p>【27条13】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する配管及び機器の材料は、耐食性を考慮して選定する。</p>	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する配管及び機器の材料は、耐食性を考慮して選定する。</p> <p>【27条14】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>3.3 原子炉冷却材圧力バウンダリの隔離装置等</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリには、原子炉冷却材圧力バウンダリに接続する配管等が破損することによって、原子炉冷却材の流出を制限するために配管系の通常運転時の状態及び使用目的を考慮し、適切に隔離弁を設ける設計とする。</p>	<p>3.3 原子炉冷却材圧力バウンダリの隔離装置等</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリには、原子炉冷却材圧力バウンダリに接続する配管等が破損することによって、原子炉冷却材の流出を制限するために配管系の通常運転時の状態及び使用目的を考慮し、適切に隔離弁を設ける設計とする。</p> <p>【28条1】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>なお、原子炉冷却材圧力バウンダリの隔離弁の対象は、以下のとおりとする。</p>	<p>なお、原子炉冷却材圧力バウンダリの隔離弁の対象は、以下のとおりとする。</p> <p>【28条2】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
(一) 通常時開及び設計基準事故時閉となる弁を有するものは、発電用原子炉側からみて、第一隔離弁及び第二隔離弁を対象とする。	(一) 通常時開及び設計基準事故時閉となる弁を有するものは、発電用原子炉側からみて、第一隔離弁及び第二隔離弁を対象とする。 【28条3】	—	— (追加要求事項なし)
(二) 通常時開又は設計基準事故時に開となるおそれがある通常時閉及び設計基準事故時閉となる弁を有するものは、発電用原子炉側からみて、第一隔離弁を対象とする。	(二) 通常時開又は設計基準事故時に開となるおそれがある通常時閉及び設計基準事故時閉となる弁を有するものは、発電用原子炉側からみて、第一隔離弁及び第二隔離弁を対象とする。 【28条4】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ② 原子炉冷却材の循環設備 ・主蒸気系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 (2) その他各設備固有の設計 a. 原子炉冷却材の循環設備 18.6 機能を兼用する機器を含む原子炉冷却系統施設の系統図に関する取りまとめ
(三) 通常時閉及び設計基準事故時閉となる弁を有するもののうち、(二)以外のものは、発電用原子炉側からみて、第一隔離弁を対象とする。	(三) 通常時閉及び設計基準事故時閉となる弁を有するもののうち、(二)以外のものは、発電用原子炉側からみて、第一隔離弁を対象とする。 【28条5】	—	— (追加要求事項なし)
(四) 通常時閉及び原子炉冷却材喪失時開となる弁を有する非常用炉心冷却系等も、発電用原子炉側からみて第一隔離弁及び第二隔離弁を対象とする。	(四) 通常時閉及び原子炉冷却材喪失時開となる弁を有する非常用炉心冷却系等も、発電用原子炉側からみて第一隔離弁及び第二隔離弁を対象とする。 【28条6】	—	— (追加要求事項なし)
(五) 上記において「隔離弁」とは、自動隔離弁、逆止弁、通常時施錠管理等でロックされた閉止弁及び遠隔操作閉止弁をいう。	(五) 上記において「隔離弁」とは、自動隔離弁、逆止弁、通常時施錠管理等でロックされた閉止弁及び遠隔操作閉止弁をいう。 【28条7】	—	— (追加要求事項なし)
なお、通常時閉、設計基準事故時閉となる手動弁のうち個別に施錠管理を行う弁は、開となるおそれがなく、上記(三)に該当することから、発電用原子炉側からみて第一隔離弁を対象とする。	なお、通常時閉、設計基準事故時閉となる手動弁のうち個別に施錠管理を行う弁は、開となるおそれがなく、上記(三)に該当することから、発電用原子炉側からみて第一隔離弁を対象とする。 【28条8】	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>3.4 逃がし安全弁の機能</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>逃がし安全弁は、アクチュエータ作動の逃がし弁機能及びバネ作動の安全弁機能を有し、蒸気をサブプレッション・チェンバのプール水中に導き、原子炉冷却系統の過度の圧力上昇を防止できる設計とする。</p>	<p>3.4 逃がし安全弁の機能</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>逃がし安全弁は、アクチュエータ作動の逃がし弁機能及びバネ作動の安全弁機能を有し、蒸気をサブプレッション・チェンバのプール水中に導き、原子炉冷却系統の過度の圧力上昇を防止できる設計とする。</p> <p>【33条18】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.2.1 主蒸気系</p> <p>構造図</p> <p>4.2.1 主蒸気系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>・主蒸気系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(f) 逃がし安全弁に係る設計</p>
<p>自動減圧系は、中小破断の原子炉冷却材喪失事故時に原子炉蒸気をサブプレッション・チェンバへ逃がし原子炉圧力をすみやかに低下させて低圧炉心スプレイ系あるいは低圧注水系による注水を早期に可能とし、燃料被覆材の大破損を防止しジルコニウム-水反応を無視しうる程度に抑えることができる設計とする。</p>	<p>自動減圧系は、中小破断の原子炉冷却材喪失事故時に原子炉蒸気をサブプレッション・チェンバへ逃がし原子炉圧力をすみやかに低下させて低圧炉心スプレイ系あるいは低圧注水系による注水を早期に可能とし、燃料被覆材の大破損を防止しジルコニウム-水反応を無視しうる程度に抑えることができる設計とする。</p> <p>【32条8】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.2.1 主蒸気系</p> <p>構造図</p> <p>4.2.1 主蒸気系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>・主蒸気系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(f) 逃がし安全弁に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するために必要な重大事故等対処設備として、逃がし安全弁（安全弁機能）を使用する。</p> <p>【60条3】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>・主蒸気系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(f) 逃がし安全弁に係る設計</p>
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリが高圧の状態であって、設計基準事故対処設備が有する発電用原子炉の減圧機能が喪失した場合においても炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損を防止するため、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するために必要な重大事故等対処設備として、逃がし安全弁を設ける設計とする。</p> <p>【61条1】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>・主蒸気系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(f) 逃がし安全弁に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>逃がし安全弁の自動減圧機能が喪失した場合の重大事故等対処設備として、逃がし安全弁は、中央制御室からの遠隔手動操作により、自動減圧機能用アキュムレータに蓄圧された窒素をアクチュエータのピストンに供給することで作動し、蒸気を排気管によりサプレッション・チェンバのプール水面下に導き凝縮させることで、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧できる設計とする。</p> <p>【61条5】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>・主蒸気系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(f) 逃がし安全弁に係る設計</p>
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備のうち、炉心損傷時に原子炉冷却材圧力バウンダリが高圧状態である場合において、高圧熔融物放出及び格納容器雰囲気直接加熱による原子炉格納容器の破損を防止するための重大事故等対処設備として、逃がし安全弁は、中央制御室からの遠隔手動操作により、自動減圧機能用アキュムレータに蓄圧された窒素をアクチュエータのピストンに供給することで作動し、蒸気を排気管によりサプレッション・チェンバのプール水面下に導き凝縮させることで、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧できる設計とする。</p> <p>【61条17】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>・主蒸気系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(f) 逃がし安全弁に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>(2) 多様性, 位置的分散等</p> <p>逃がし安全弁(安全弁機能)は, 設計基準事故対処設備であるとともに, 重大事故等時においても使用するため, 重大事故等対処設備としての基本方針に示す設計方針を適用する。ただし, 多様性及び独立性並びに位置的分散を考慮すべき対象の設計基準事故対処設備はないことから, 重大事故等対処設備の基本方針のうち「5.1.2 多様性, 位置的分散等」に示す設計方針は適用しない。</p> <p>【60条15】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・主蒸気系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <ul style="list-style-type: none"> a. 原子炉冷却材の循環設備 (f) 逃がし安全弁に係る設計
	<p>(3) 環境条件等</p> <p>逃がし安全弁は, 想定される重大事故等時に確実に作動するように, 原子炉格納容器内に設置し, 制御用空気が喪失した場合に使用する非常用窒素供給系及び非常用逃がし安全弁駆動系の高圧窒素ポンベの容量の設定も含めて, 想定される重大事故等時における環境条件を考慮した設計とする。操作は, 中央制御室で可能な設計とする。</p> <p>【61条21】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.3 環境条件等</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・主蒸気系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <ul style="list-style-type: none"> a. 原子炉冷却材の循環設備 (f) 逃がし安全弁に係る設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
<p>3.4.1 逃がし安全弁の容量</p> <p>逃がし安全弁は、ベローズと補助背圧平衡ピストンを備えたバネ式の平衡形安全弁に、外部から強制的に開閉を行うアクチュエータを取付けたもので、蒸気圧力がスプリングの設定圧力に達すると自動開放する他、外部信号によってアクチュエータのピストンに窒素圧力を供給して弁を強制的に開放することができるものを使用し、サブプレッション・チェンバからの背圧変動が逃がし安全弁の設定圧力に影響を与えない設計とする。なお、逃がし安全弁は、18 個設置する設計とする。</p>	<p>3.4.1 逃がし安全弁の容量</p> <p>逃がし安全弁は、ベローズと補助背圧平衡ピストンを備えたバネ式の平衡形安全弁に、外部から強制的に開閉を行うアクチュエータを取付けたもので、蒸気圧力がスプリングの設定圧力に達すると自動開放する他、外部信号によってアクチュエータのピストンに窒素圧力を供給して弁を強制的に開放することができるものを使用し、サブプレッション・チェンバからの背圧変動が逃がし安全弁の設定圧力に影響を与えない設計とする。なお、逃がし安全弁は、18 個設置する設計とする。</p> <p>【20 条 6】 【57 条 6】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-4-1 安全弁及び逃がし弁の吹出量計算書</p>	<p>15. 安全弁等の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>・主蒸気系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(f) 逃がし安全弁に係る設計</p>
<p>逃がし安全弁の排気は、排気管によりサブプレッション・チェンバ内のプール水面下に導き凝縮する設計とする。</p>	<p>逃がし安全弁の排気は、排気管によりサブプレッション・チェンバ内のプール水面下に導き凝縮する設計とする。</p> <p>【20 条 7】 【57 条 7】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p>	<p>15. 安全弁等の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>・主蒸気系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(f) 逃がし安全弁に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
<p>逃がし安全弁の容量は、原子炉冷却材圧力バウンダリの過度の圧力上昇を抑えるため、吹出し圧力と設置個数とを適切に組み合わせることにより、原子炉圧力容器の過圧防止に必要な容量以上を有する設計とする。なお、容量は運転時の異常な過度変化時に、原子炉冷却材圧力バウンダリの圧力を最高使用圧力の 1.1 倍以下に保持するのに必要な容量を算定する。</p>	<p>逃がし安全弁の容量は、原子炉冷却材圧力バウンダリの過度の圧力上昇を抑えるため、吹出し圧力と設置個数とを適切に組み合わせることにより、原子炉圧力容器の過圧防止に必要な容量以上を有する設計とする。なお、容量は運転時の異常な過度変化時に、原子炉冷却材圧力バウンダリの圧力を最高使用圧力の 1.1 倍以下に保持するのに必要な容量を算定する。</p> <p>【20 条 8】 【57 条 8】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-4-1 安全弁及び逃がし弁の吹出量計算書</p>	<p>15. 安全弁等の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>・主蒸気系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(f) 逃がし安全弁に係る設計</p>
	<p>3.4.2 過渡時自動減圧機能</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリが高圧の状態であって、設計基準事故対処設備が有する発電用原子炉の減圧機能が喪失した場合においても炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損を防止するため、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するために必要な重大事故等対処設備として、逃がし安全弁を作動させる過渡時自動減圧機能を設ける設計とする。</p> <p>【61 条 1】</p>	<p>V-1-5-3 工学的安全施設等の起動（作動）信号の設定値の根拠に関する説明書</p> <p>2.2 その他の工学的安全施設</p> <p>3.2 その他の工学的安全施設</p> <p>4.2 その他の工学的安全施設</p> <p>V-1-5-4 発電用原子炉の運転を管理するための制御装置に係る制御方法に関する説明書</p> <p>3.4.4 安全保護系（原子炉緊急停止系作動回路及び工学的安全施設作動回路）及びその他の工学的安全施設等の作動設備</p>	<p>V-1-10-5 「計測制御系統施設」の様式-1</p> <p>6. 原子炉非常停止信号及び工学的安全施設等の設計</p> <p>c. 過渡時自動減圧機能に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>逃がし安全弁の自動減圧機能が喪失した場合の重大事故等対処設備として、逃がし安全弁は、過渡時自動減圧機能からの信号により、自動減圧機能用アキュムレータに蓄圧された窒素をアクチュエータのピストンに供給することで作動し、蒸気を排気管によりサプレッション・チェンバのプール水面下に導き凝縮させることで、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧できる設計とする。</p> <p>【61条2】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1 8. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備の設計
	<p>3.4.3 逃がし安全弁（操作対象弁）の機能回復 (1) 系統構成</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備のうち、逃がし安全弁の機能回復のための重大事故等対処設備として、非常用窒素供給系及び非常用逃がし安全弁駆動系を使用できる設計とする。</p> <p>【61条9】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1 8. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備の設計
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備のうち、逃がし安全弁の機能回復のための重大事故等対処設備として、可搬型代替直流電源設備及び逃がし安全弁用可搬型蓄電池を使用できる設計とする。</p> <p>【61条6】</p>	第 1-4-2 図 単線結線図 (2/5)	V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1 8. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備の設計 (2) 各機器固有の設計 c. 逃がし安全弁への電源供給に関する設計
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備のうち、逃がし安全弁の機能回復のための重大事故等対処設備として、可搬型代替直流電源設備は、逃がし安全弁の作動に必要な常設直流電源系統が喪失した場合においても、緊急用電源切替盤を切り替えることにより、逃がし安全弁（7 個）の作動に必要な電源を供給できる設計とする。</p> <p>【61条7】</p>	第 1-4-2 図 単線結線図 (2/5)	V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1 8. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備の設計 (2) 各機器固有の設計 c. 逃がし安全弁への電源供給に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備のうち、逃がし安全弁の機能回復のための重大事故等対処設備として、逃がし安全弁用可搬型蓄電池は、逃がし安全弁の作動に必要な常設直流電源系統が喪失した場合においても、逃がし安全弁の作動回路に接続することにより、逃がし安全弁（2 個）を一定期間にわたり連続して開状態を保持できる設計とする。</p> <p>【61 条 8】</p>	第 1-4-2 図 単線結線図（2/5）	V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1 8. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備の設計 (2) 各機器固有の設計 c. 逃がし安全弁への電源供給に関する設計
	<p>全交流動力電源又は常設直流電源が喪失した場合の重大事故等対処設備として、逃がし安全弁は、可搬型代替直流電源設備により作動に必要な直流電源が供給されることにより機能を復旧し、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧できる設計とする。</p> <p>【61 条 15】</p>	第 1-4-2 図 単線結線図（2/5）	V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1 8. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備の設計 (2) 各機器固有の設計 c. 逃がし安全弁への電源供給に関する設計
	<p>全交流動力電源又は常設直流電源が喪失した場合の重大事故等対処設備として、逃がし安全弁は、常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備により所内常設直流電源設備を受電し、作動に必要な直流電源が供給されることにより機能を復旧し、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧できる設計とする。</p> <p>【61 条 16】</p>	第 1-4-1 図 単線結線図（1/5） 第 1-4-2 図 単線結線図（2/5）	V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1 8. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備の設計 (2) 各機器固有の設計 c. 逃がし安全弁への電源供給に関する設計
	<p>3.4.4 原子炉冷却材の漏えい量抑制 インターフェイスシステム L O C A 発生時の重大事故等対処設備として、逃がし安全弁は、中央制御室からの手動操作によって作動させ、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧させることで原子炉冷却材の漏えいを抑制できる設計とする。</p> <p>【61 条 18】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	19. インターフェイスシステム L O C A 時の系統隔離及び原子炉冷却材の漏えい量抑制に係る設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>4. 残留熱除去設備</p> <p>4.1 残留熱除去系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>発電用原子炉を停止した場合において、燃料要素の許容損傷限界及び原子炉冷却材圧力バウンダリの健全性を維持するために必要なパラメータが設計値を超えないようにするため、原子炉圧力容器内において発生した残留熱を除去することができる設備として残留熱除去系を設ける設計とする。</p> <p>残留熱除去系の冷却速度は、原子炉冷却材圧力バウンダリの加熱・冷却速度の制限値(55℃/h)を超えないように制限できる設計とする。</p>	<p>4. 残留熱除去設備</p> <p>4.1 残留熱除去系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>発電用原子炉を停止した場合において、燃料要素の許容損傷限界及び原子炉冷却材圧力バウンダリの健全性を維持するために必要なパラメータが設計値を超えないようにするため、原子炉圧力容器内において発生した残留熱を除去することができる設備として残留熱除去系を設ける設計とする。</p> <p>残留熱除去系の冷却速度は、原子炉冷却材圧力バウンダリの加熱・冷却速度の制限値(55℃/h)を超えないように制限できる設計とする。</p> <p>【33条11】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.3.1 残留熱除去系</p> <p>4.4.3 原子炉隔離時冷却系</p> <p>構造図</p> <p>4.3.1 残留熱除去系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
<p>残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)は、サブプレッション・プール水温度を所定の温度以下に冷却できる設計とする。</p>	<p>残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)は、サブプレッション・プール水温度を所定の温度以下に冷却できる設計とする。</p> <p>【33条17】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>残留熱除去系は、使用済燃料からの崩壊熱を除去できる設計とする。残留熱除去系熱交換器で除去した熱は、残留熱除去系海水系を経て、最終的な熱の逃がし場である海へ輸送できる設計とする。</p>	<p>残留熱除去系は、使用済燃料からの崩壊熱を除去できる設計とする。残留熱除去系熱交換器で除去した熱は、残留熱除去系海水系を経て、最終的な熱の逃がし場である海へ輸送できる設計とする。</p> <p>【26条29】</p>	—	— (追加要求事項なし)
	<p>インターフェイスシステムLOCA発生時の重大事故等対処設備として、残留熱除去系A系注入弁、残留熱除去系B系注入弁及び残留熱除去系C系注入弁は、現場で弁を操作することにより原子炉冷却材の漏えい箇所を隔離できる設計とする。</p> <p>【61条19】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>19. インターフェイスシステムLOCA時の系統隔離及び原子炉冷却材の漏えい量抑制に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>なお、設計基準事故対処設備である残留熱除去系A系注入弁、残留熱除去系B系注入弁及び残留熱除去系C系注入弁は、重大事故等対処設備として使用することから、重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【61条20】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>19. インターフェイスシステムLOCA時の系統隔離及び原子炉冷却材の漏えい量抑制に係る設計</p>
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための設備として、想定される重大事故等時において、設計基準事故対処設備である残留熱除去系（原子炉停止時冷却系）が使用できる場合は、重大事故等対処設備として使用できる設計とする。</p> <p>【62条3】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備として、想定される重大事故等時において、設計基準事故対処設備である残留熱除去系（原子炉停止時冷却系）、残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）及び残留熱除去系（サブプレッション・プール冷却系）が使用できる場合は、重大事故等対処設備として使用できる設計とする。</p> <p>【63条2】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>発電用原子炉停止中において全交流動力電源喪失又は残留熱除去系海水系機能喪失によるサポート系の故障により、残留熱除去系（原子炉停止時冷却系）が起動できない場合の重大事故等対処設備として、常設代替交流電源設備を使用し、残留熱除去系（原子炉停止時冷却系）を復旧できる設計とする。残留熱除去系（原子炉停止時冷却系）は、常設代替交流電源設備からの給電により機能を復旧し、冷却材を原子炉圧力容器から残留熱除去系ポンプ及び残留熱除去系熱交換器を經由して原子炉圧力容器に戻すことにより炉心を冷却できる設計とする。本系統に使用する冷却水は、残留熱除去系海水系又は緊急用海水系から供給できる設計とする。</p> <p>【62条 39】</p>	<p>第 1-4-1 図 単線結線図（1/5）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>b. 残留熱除去設備</p>
	<p>残留熱除去系（原子炉停止時冷却系）の流路として、設計基準対象施設である原子炉圧力容器、炉心支持構造物及び原子炉圧力容器内部構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【62条 45】【63条 43】</p>	<p>V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書</p> <p>V-3-別添 6 炉心支持構造物の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 7 原子炉圧力容器内部構造物の強度計算書</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・残留熱除去系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>(2) 多様性, 位置的分散等</p> <p>残留熱除去系ポンプ及び残留熱除去系熱交換器は, 設計基準事故対処設備であるとともに, 重大事故等時においても使用するため, 重大事故等対処設備としての基本方針に示す設計方針を適用する。ただし, 多様性及び独立性並びに位置的分散を考慮すべき対象の設計基準事故対処設備はないことから, 重大事故等対処設備の基本方針のうち「5.1.2 多様性, 位置的分散等」に示す設計方針は適用しない。</p> <p>【62条46】【63条35】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>4.2 格納容器圧力逃がし装置</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>設計基準事故対処設備が有する最終ヒートシンクへ熱を輸送する機能が喪失した場合において炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損（炉心の著しい損傷が発生する前に生ずるものに限る。）を防止するため, 最終ヒートシンクへ熱を輸送するために必要な重大事故等対処設備として, 格納容器圧力逃がし装置を設ける設計とする。</p> <p>【63条1】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添-3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器圧力逃がし装置 <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>残留熱除去系の故障等により最終ヒートシンクへ熱を輸送する機能が喪失した場合に、炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損を防止するための重大事故等対処設備として、格納容器圧力逃がし装置は、フィルタ装置(フィルタ容器、スクラビング水、金属フィルタ、よう素除去部)、圧力開放板、配管・弁類、計測制御装置等で構成し、原子炉格納容器内雰囲気ガスを不活性ガス系等を経由して、フィルタ装置へ導き、放射性物質を低減させた後に原子炉建屋原子炉棟屋上に設ける放出口から放出(系統設計流量 13.4 kg/s (1 Pdにおいて))することで、排気中に含まれる放射性物質の環境への放出量を抑制しつつ、原子炉格納容器内に蓄積した熱を最終的な熱の逃がし場である大気へ輸送できる設計とする。</p> <p>【63条4】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添-3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>格納容器圧力逃がし装置を使用した場合に放出される放射性物質の放出量に対して、設置(変更)許可において敷地境界での線量評価を行い、実効線量が 5 mSv 以下であることを確認しており、格納容器圧力逃がし装置はこの評価条件を満足する設計とする。</p> <p>【63条5】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添-3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>フィルタ装置は、排気中に含まれる粒子状放射性物質、ガス状の無機よう素及び有機よう素を除去できる設計とする。また、無機よう素をスクラビング水中に捕集・保持するためにアルカリ性の状態（待機状態においてpH13以上）に維持する設計とする。</p> <p>【63条6】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添-3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>格納容器圧力逃がし装置はサプレッション・チェンバ及びドライウェルと接続し、いずれからも排気できる設計とする。サプレッション・チェンバ側からの排気ではサプレッション・チェンバの水面からの高さを確保し、ドライウェル側からの排気では、ドライウェル床面からの高さを確保する設計とするとともに燃料有効長頂部よりも高い位置に接続箇所を設けることで長期的にも熔融炉心及び水没の悪影響を受けない設計とする。</p> <p>【63条7】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添-3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>格納容器圧力逃がし装置は、排気中に含まれる可燃性ガスによる爆発を防ぐため、窒素ガス代替注入系により、系統内を不活性ガス（窒素）で置換した状態で待機させ、不活性ガスで置換できる設計とするともに、系統内に可燃性ガスが蓄積する可能性のある箇所にはベントラインを設け、可燃性ガスを排出できる設計とすることで、系統内で水素濃度及び酸素濃度が可燃領域に達することを防止できる設計とする。</p> <p>【63条8】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添-3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>格納容器圧力逃がし装置は、他の発電用原子炉施設とは共用しない設計とする。また、格納容器圧力逃がし装置と他の系統・機器を隔離する弁は直列で2個設置し、格納容器圧力逃がし装置と他の系統・機器を確実に隔離することで、悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【63条9】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添-3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>格納容器圧力逃がし装置の使用に際しては、<u>原子炉格納容器が負圧とならないよう、代替格納容器スプレイ冷却系等による原子炉格納容器内へのスプレイは停止する運用を保安規定に定めて管理する。仮に、原子炉格納容器内にスプレイする場合においても、原子炉格納容器内圧力が規定の圧力まで減圧した場合には、原子炉格納容器内へのスプレイを停止する運用を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【63条10】</p>	<p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部></p> <p>—</p>
	<p>格納容器圧力逃がし装置使用時の排出経路に設置される隔離弁は、遠隔人力操作機構（個数4）によって人力により容易かつ確実に操作が可能な設計とする。</p> <p>【63条13】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.1.9 原子炉格納容器隔離弁</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p> <p>別添-3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>排出経路に設置される隔離弁の電動弁については、常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電により、中央制御室から操作が可能な設計とする。</p> <p>【63条 15】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>b. 格納容器圧力逃がし装置</p> <p>(a) 排出経路に設置される隔離弁の電動弁への電源供給に関する設計</p>
	<p>系統内に設ける圧力開放板は、格納容器圧力逃がし装置の使用の妨げにならないよう、原子炉格納容器からの排気圧力と比較して十分に低い圧力で破裂する設計とする。</p> <p>【63条 16】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添-3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>格納容器圧力逃がし装置は、西側淡水貯水設備又は代替淡水貯槽から、可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによりフィルタ装置にスクラビング水を補給できる設計とする。</p> <p>【63条 19】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添-3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>(2) 多様性, 位置的分散等</p> <p>格納容器圧力逃がし装置は, 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系, 格納容器スプレイ冷却系及びサブプレッション・プール冷却系)及び残留熱除去系海水系と共通要因によって同時に機能を損なわないよう, ポンプ及び熱交換器を使用せずに最終的な熱の逃がし場である大気へ熱を輸送できる設計とすることで, 残留熱除去系及び残留熱除去系海水系に対して, 多様性を有する設計とする。</p> <p>【63条36】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並び位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>格納容器圧力逃がし装置は, 排出経路に設置される隔離弁の電動弁を常設代替交流電源設備若しくは可搬型代替交流電源設備からの給電による遠隔操作を可能とすること又は遠隔人力操作機構を用いた人力による遠隔操作若しくは操作ハンドルを用いた人力による操作を可能とすることで, 非常用交流電源設備からの給電により駆動する残留熱除去系(原子炉停止時冷却系, 格納容器スプレイ冷却系及びサブプレッション・プール冷却系)及び残留熱除去系海水系に対して, 多様性を有する設計とする。</p> <p>【63条37】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並び位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>格納容器圧力逃がし装置のフィルタ装置は原子炉建屋外の格納容器圧力逃がし装置格納槽に, 圧力開放板は原子炉建屋近傍の屋外に設置し, 原子炉建屋原子炉棟内の残留熱除去系ポンプ, 残留熱除去系熱交換器及び屋外の残留熱除去系海水系と異なる区画に設置することで, 残留熱除去系及び残留熱除去系海水系と共通要因によって同時に機能を損なわないよう位置的分散を図った設計とする。</p> <p>【63条38】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並び位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>(3) 独立性 格納容器圧力逃がし装置は、除熱手段の多様性及び機器の位置的分散によって、残留熱除去系及び残留熱除去系海水系に対して独立性を有する設計とする。 【63条39】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>4.3 耐圧強化ベント系</p> <p>(1) 系統構成 設計基準事故対処設備が有する最終ヒートシンクへ熱を輸送する機能が喪失した場合において炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損（炉心の著しい損傷が発生する前に生ずるものに限る。）を防止するため、最終ヒートシンクへ熱を輸送するために必要な重大事故等対処設備として、耐圧強化ベント系を設ける設計とする。 【63条1】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・耐圧強化ベント系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>残留熱除去系の故障等により最終ヒートシンクへ熱を輸送する機能が喪失した場合に、炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損を防止するための重大事故等対処設備として、耐圧強化ベント系は、格納容器内雰囲気ガスを不活性ガス系等を経由して、主排気筒に隣接する非常用ガス処理系排気筒を通して原子炉建屋外に放出することで、原子炉格納容器内に蓄積した熱を最終的な熱の逃がし場である大気へ輸送できる設計とする。</p> <p>最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備として使用する場合の耐圧強化ベント系は、炉心損傷前に使用するため、排気中に含まれる放射性物質及び可燃性ガスは微量である。</p> <p>耐圧強化ベント系は、使用する際に弁により他の系統・機器と隔離することにより、悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【63条23】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・耐圧強化ベント系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>耐圧強化ベント系は、想定される重大事故等時において、原子炉格納容器が負圧とならない設計とする。</p> <p><u>耐圧強化ベント系の使用に際しては、代替格納容器スプレイ冷却系等による原子炉格納容器内へのスプレイは停止する運用を保安規定に定めて管理する。仮に、原子炉格納容器内にスプレイをする場合においても、原子炉格納容器内圧力が規定の圧力まで減圧した場合には、原子炉格納容器内へのスプレイを停止する運用を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【63条24】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・耐圧強化ベント系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p><下線部></p> <p>—</p>
	<p>耐圧強化ベント系使用時の排出経路に設置される隔離弁は電動弁とし、常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電により操作が可能な設計とする。</p> <p>【63条25】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p>	<p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>b. 残留熱除去設備</p> <p>(b) 耐圧強化ベント系隔離弁への電源供給に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>第一弁（S/C側）、第一弁（D/W側）については、遠隔人力操作機構によって人力による操作が可能な設計とし、隔離弁の操作における駆動源の多様性を有する設計とする。</p> <p>耐圧強化ベント系の系統設計流量は 48000 kg/h（1 Pdにおいて）であり、サプレッション・チェンバ及びドライウエルと接続し、いずれからも排気できる設計とする。サプレッション・チェンバ側からの排気ではサプレッション・チェンバの水面からの高さを確保し、ドライウエル側からの排気では、ドライウエル床面からの高さを確保するとともに燃料有効長頂部よりも高い位置に接続箇所を設けることで長期的にも熔融炉心及び水没の悪影響を受けない設計とする。</p> <p>【63条26】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・耐圧強化ベント系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>耐圧強化ベント系を使用した場合に放出される放射性物質の放出量に対して、設置（変更）許可において敷地境界での線量評価を行い、実効線量が 5 mSv 以下であることを確認しており、耐圧強化ベント系はこの評価条件を満足する設計とする。</p> <p>【63条27】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3.2.2 重大事故等時における原子炉格納容器の熱の輸送機能</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>b. 残留熱除去設備</p> <p>(c) 耐圧強化ベント系を使用した場合に放出される放射性物質の放出量の評価</p>
	<p>耐圧強化ベント系の流路として、設計基準対象施設である非常用ガス処理系排気筒を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【63条28】</p>	<p>V-1-1-4-5 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（放射性廃棄物の廃棄施設）</p> <p>V-3-9-2 圧力低減設備その他の安全設備の強度計算書</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>・原子炉建屋ガス処理系</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>(2) 多様性, 位置的分散等</p> <p>耐圧強化ベント系は, 残留熱除去系(原子炉停止時冷却系, 格納容器スプレイ冷却系及びサブプレッション・プール冷却系)及び残留熱除去系海水系と共通要因によって同時に機能を損なわないよう, ポンプ及び熱交換器を使用せずに最終的な熱の逃がし場である大気へ熱を輸送できる設計とすることで, 残留熱除去系及び残留熱除去系海水系に対して, 多様性を有する設計とする。</p> <p>【63条36】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・耐圧強化ベント系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>耐圧強化ベント系は, 排出経路に設置される隔離弁の電動弁を常設代替交流電源設備若しくは可搬型代替交流電源設備からの給電による遠隔操作を可能とすること又は遠隔人力操作機構を用いた人力による遠隔操作若しくは操作ハンドルを用いた人力による操作を可能とすることで, 非常用交流電源設備からの給電により駆動する残留熱除去系(原子炉停止時冷却系, 格納容器スプレイ冷却系及びサブプレッション・プール冷却系)及び残留熱除去系海水系に対して, 多様性を有する設計とする。</p> <p>【63条37】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・耐圧強化ベント系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>耐圧強化ベント系は原子炉建屋原子炉棟内の残留熱除去系ポンプ, 残留熱除去系熱交換器及び屋外の残留熱除去系海水系と異なる区画に設置することで, 残留熱除去系及び残留熱除去系海水系と共通要因によって同時に機能を損なわないよう位置的分散を図った設計とする。</p> <p>【63条38】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・耐圧強化ベント系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>(3) 独立性</p> <p>耐圧強化ベント系は、除熱手段の多様性及び機器の位置的分散によって、残留熱除去系及び残留熱除去系海水系に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【63条39】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・耐圧強化ベント系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>4.4 水源、代替水源供給設備</p> <p>4.4.1 重大事故等の収束に必要な水源</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>設計基準事故の収束に必要な水源とは別に、重大事故等の収束に必要な十分な量の水を有する水源を確保することに加えて、設計基準事故対処設備及び重大事故等対処設備に対して重大事故等の収束に必要な十分な水の量を供給するために必要な重大事故等対処設備として、代替淡水貯槽、西側淡水貯水設備及びサプレッション・チェンバを重大事故等の収束に必要な水源として設ける設計とする。</p> <p>【71条1】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p>
	<p>また、これら重大事故等の収束に必要な水源とは別に、代替淡水源として淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）を設ける設計とする。</p> <p>【71条2】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>代替淡水貯槽を水源として重大事故等の対応を実施する際には、西側淡水貯水設備を代替淡水源とし、西側淡水貯水設備を水源として重大事故等の対応を実施する際には、代替淡水貯槽を代替淡水源とする。また、淡水が枯渇した場合に、海を水源として利用できる設計とする。</p> <p>【71条3】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p>
	<p>代替淡水貯槽及び西側淡水貯水設備は、想定される重大事故等時において、格納容器圧力逃がし装置のフィルタ装置へのスクラビング水補給の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条6】【71条7】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>サプレッション・チェンバ (容量 3400 m³, 個数 1) は, 想定される重大事故等時において, 残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系) 及び残留熱除去系 (サプレッション・プール冷却系) の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71 条 8】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p>
	<p>代替淡水源である淡水タンク (多目的タンク, 原水タンク, ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク) は, 想定される重大事故等時において, 代替淡水貯槽又は西側淡水貯水設備へ水を供給するための水源であるとともに, 格納容器圧力逃がし装置のフィルタ装置へのスクラビング水補給の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71 条 10】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p>
	<p>海は, 想定される重大事故等時において, 淡水が枯渇した場合に, 代替淡水貯槽又は西側淡水貯水設備へ水を供給するための水源として利用できる設計とする。</p> <p>【71 条 11】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>4.4.2 代替水源供給設備</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>設計基準事故対処設備及び重大事故等対処設備に対して、重大事故等の収束に必要な十分な量の水を供給するために必要な設備及び海を利用するために必要な設備として、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプを設ける設計とする。</p> <p>【71条4】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p>
	<p>重大事故等の収束に必要な水源である代替淡水貯槽へ淡水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水中型ポンプは、代替淡水源である西側淡水貯水設備、淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）の淡水を、可搬型代替注水大型ポンプは、淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）の淡水を代替淡水貯槽へ供給できる設計とする。</p> <p>また、淡水が枯渇した場合に、重大事故等の収束に必要な水源である代替淡水貯槽へ海水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、海水を代替淡水貯槽へ供給できる設計とする。</p> <p>【71条12】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>重大事故等の収束に必要な水源である西側淡水貯水設備へ淡水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水大型ポンプは、代替淡水源である代替淡水貯槽、淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）の淡水を西側淡水貯水設備へ供給できる設計とする。</p> <p>また、淡水が枯渇した場合に、重大事故等の収束に必要な水源である西側淡水貯水設備へ海水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水大型ポンプは、海水を西側淡水貯水設備へ供給できる設計とする。</p> <p>【71条13】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p>
	<p>可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。</p> <p>【71条14】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>代替水源及び代替淡水源からの移送ルートを確認するとともに、可搬型のホース、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプについては、複数箇所に分散して保管する。</p> <p>【71条5】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p>
<p>5. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>非常用炉心冷却設備は、工学的安全施設の一設備であって、高圧炉心スプレイ系、低圧炉心スプレイ系、残留熱除去系（低圧注水系）及び自動減圧系から構成する。これらの各系統は、原子炉冷却材喪失事故等が起こったときに、サブプレッション・チェンバのプール水又は復水貯蔵タンクの水を原子炉圧力容器内に注水し、又は原子炉蒸気をサブプレッション・チェンバのプール水中に逃がし原子炉圧力を速やかに低下させるなどにより、炉心を冷却し、燃料被覆材の温度が燃料材の熔融又は燃料体の著しい破損を生ずる温度を超えて上昇することを防止できる設計とするとともに、燃料の過熱による燃料被覆材の大破損を防ぎ、さらにこれにともなうジルコニウムと水との反応を無視しうる程度におさえ、著しく多量の水素を生じない設計とする。</p>	<p>5. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>非常用炉心冷却設備は、工学的安全施設の一設備であって、高圧炉心スプレイ系、低圧炉心スプレイ系、残留熱除去系（低圧注水系）及び自動減圧系から構成する。これらの各系統は、原子炉冷却材喪失事故等が起こったときに、サブプレッション・チェンバのプール水又は復水貯蔵タンクの水を原子炉圧力容器内に注水し、又は原子炉蒸気をサブプレッション・チェンバのプール水中に逃がし原子炉圧力を速やかに低下させるなどにより、炉心を冷却し、燃料被覆材の温度が燃料材の熔融又は燃料体の著しい破損を生ずる温度を超えて上昇することを防止できる設計とするとともに、燃料の過熱による燃料被覆材の大破損を防ぎ、さらにこれにともなうジルコニウムと水との反応を無視しうる程度におさえ、著しく多量の水素を生じない設計とする。</p> <p>【32条1】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>非常用炉心冷却設備は、設置（変更）許可を受けた運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故の評価条件を満足する設計とする。</p>	<p>非常用炉心冷却設備は、設置（変更）許可を受けた運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故の評価条件を満足する設計とする。</p> <p>【32条2】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>非常用炉心冷却設備のうち、サプレッション・チェンバのプール水を水源とする非常用炉心冷却系のポンプは、原子炉圧力容器内又は原子炉格納容器内の圧力及び温度並びに、冷却材中の異物の影響について「非常用炉心冷却設備又は格納容器熱除去設備に係るろ過装置の性能評価等について（内規）」（平成20・02・12原院第5号（平成20年2月27日原子力安全・保安院制定））によるろ過装置の性能評価により、設計基準事故時に想定される最も小さい有効吸込水頭においても、正常に機能する能力を有する設計とする。</p>	<p>非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備のうち、サプレッション・チェンバのプール水を水源とする非常用炉心冷却系のポンプは、原子炉圧力容器内又は原子炉格納容器内の圧力及び温度並びに、冷却材中の異物の影響について「非常用炉心冷却設備又は格納容器熱除去設備に係るろ過装置の性能評価等について（内規）」（平成20・02・12原院第5号（平成20年2月27日原子力安全・保安院制定））によるろ過装置の性能評価により、設計基準事故時又は重大事故等時に想定される最も小さい有効吸込水頭においても、正常に機能する能力を有する設計とする。</p> <p>【32条3】【54条107】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.3 環境条件等</p> <p>V-1-4-3 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備のポンプの有効吸込水頭に関する説明書</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(1) 設備共通の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備のポンプの有効吸込水頭に係る設計</p>
<p>非常用炉心冷却設備のうち、復水貯蔵タンクを水源とする非常用炉心冷却系のポンプは、復水貯蔵タンクの圧力及び温度により最も小さい有効吸込水頭においても、正常に機能する能力を有する設計とする。</p>	<p>非常用炉心冷却設備のうち、復水貯蔵タンクを水源とする非常用炉心冷却系のポンプは、復水貯蔵タンクの圧力及び温度により最も小さい有効吸込水頭においても、正常に機能する能力を有する設計とする。</p> <p>【32条4】</p>	<p>—</p>	<p>—</p> <p>(追加要求事項なし)</p>
	<p>非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備のうち、ほう酸水貯蔵タンク、代替淡水貯槽、西側淡水貯水設備、SA用海水ピットを水源とする非常用炉心冷却系のポンプは、ほう酸水貯蔵タンク、代替淡水貯槽、西側淡水貯水設備、SA用海水ピットの圧力及び温度により、想定される最も小さい有効吸込水頭においても、正常に機能する能力を有する設計とする。</p> <p>【54条108】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.3 環境条件等</p> <p>V-1-4-3 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備のポンプの有効吸込水頭に関する説明書</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(1) 設備共通の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備のポンプの有効吸込水頭に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>自動減圧系を除く非常用炉心冷却設備については、作動性を確認するため、発電用原子炉の運転中に、テスト・ラインを用いてポンプの作動試験ができる設計とする。併せて、弁については単体で開閉試験ができる設計とする。</p>	<p>自動減圧系を除く非常用炉心冷却設備については、作動性を確認するため、発電用原子炉の運転中に、テスト・ラインを用いてポンプの作動試験ができる設計とする。併せて、弁については単体で開閉試験ができる設計とする。</p> <p>【32条9】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.4.1 低圧炉心スプレイ系</p> <p>構造図 4.4.1 低圧炉心スプレイ系</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.4 操作性及び試験・検査性</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧炉心スプレイ系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
<p>自動減圧系については、発電用原子炉の運転中に逃がし安全弁の駆動用窒素供給圧力の確認を行うことで、非常用炉心冷却設備の能力の維持状況を確認できる設計とする。なお、発電用原子炉停止中に、逃がし安全弁の作動試験ができる設計とする。</p>	<p>自動減圧系については、発電用原子炉の運転中に逃がし安全弁の駆動用窒素供給圧力の確認を行うことで、非常用炉心冷却設備の能力の維持状況を確認できる設計とする。なお、発電用原子炉停止中に、逃がし安全弁の作動試験ができる設計とする。</p> <p>【32条10】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.2.1 主蒸気系</p> <p>構造図 4.2.1 主蒸気系</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.4 操作性及び試験・検査性</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>② 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>・主蒸気系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
<p>5.1 高圧炉心スプレイ系及び低圧炉心スプレイ系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>高圧炉心スプレイ系は、原子炉冷却材圧力バウンダリの配管の小破断から最大破断に至るまでの全ての破断に対して専用の非常用電源を有している電動機駆動ポンプによりサプレッション・チェンバのプール水又は復水貯蔵タンクの水を炉心上部より炉心へスプレイして燃料の過熱を防止する設計とする。</p>	<p>5.1 高圧炉心スプレイ系及び低圧炉心スプレイ系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>高圧炉心スプレイ系は、原子炉冷却材圧力バウンダリの配管の小破断から最大破断に至るまでの全ての破断に対して専用の非常用電源を有している電動機駆動ポンプによりサプレッション・チェンバのプール水又は復水貯蔵タンクの水を炉心上部より炉心へスプレイして燃料の過熱を防止する設計とする。</p> <p>【32条5】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.4.1 高圧炉心スプレイ系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・高圧炉心スプレイ系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための設備として、想定される重大事故等時において、設計基準事故対処設備である高圧炉心スプレイ系が使用できる場合は重大事故等対処設備として使用できる設計とする。</p> <p>【60条4】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・高圧炉心スプレイ系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>高圧炉心スプレイ系の流路として、設計基準対象施設である原子炉圧力容器、炉心支持構造物及び原子炉圧力容器内部構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【60条5】</p>	<p>V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体）</p> <p>V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書</p> <p>V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添7 原子炉圧力容器内部構造物の強度計算書</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・高圧炉心スプレイ系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
<p>低圧炉心スプレイ系は、再循環回路配管の完全破断のような原子炉冷却材喪失時に、非常用電源設備に結ばれた電動機駆動ポンプによりサブプレッション・チェンバのプール水を炉心上部より炉心にスプレイして、燃料の過熱を防止する設計とする。</p>	<p>低圧炉心スプレイ系は、再循環回路配管の完全破断のような原子炉冷却材喪失時に、非常用電源設備に結ばれた電動機駆動ポンプによりサブプレッション・チェンバのプール水を炉心上部より炉心にスプレイして、燃料の過熱を防止する設計とする。</p> <p>【32条6】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.4.1 低圧炉心スプレイ系</p> <p>構造図</p> <p>4.4.1 低圧炉心スプレイ系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・低圧炉心スプレイ系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための設備として、想定される重大事故等時において、設計基準事故対処設備である低圧炉心スプレイ系が使用できる場合は、重大事故等対処設備として使用できる設計とする。</p> <p>【62条3】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧炉心スプレイ系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>全交流動力電源喪失又は残留熱除去系海水系機能喪失によるサポート系の故障により低圧炉心スプレイ系が起動できない場合の重大事故等対処設備として常設代替交流電源設備を使用し、低圧炉心スプレイ系を復旧できる設計とする。低圧炉心スプレイ系は、常設代替交流電源設備からの給電により機能を復旧し、低圧炉心スプレイ系ポンプによりサプレッション・チェンバのプール水を原子炉圧力容器へスプレイすることで炉心を冷却できる設計とする。本系統に使用する冷却水は、残留熱除去系海水系又は緊急用海水系から供給できる設計とする。</p> <p>【62条20】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>第 1-4-1 図 単線結線図（1/5）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧炉心スプレイ系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(a) 低圧炉心スプレイ系への電源供給に関する設計</p>
	<p>低圧炉心スプレイ系の流路として、設計基準対象施設である原子炉圧力容器、炉心支持構造物及び原子炉圧力容器内部構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【62条26】</p>	<p>V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体）</p> <p>V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書</p> <p>V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添7 原子炉圧力容器内部構造物の強度計算書</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧炉心スプレイ系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>インターフェイスシステムLOCA発生時の重大事故等対処設備として、高圧炉心スプレイ系注入弁及び低圧炉心スプレイ系注入弁は、現場で弁を操作することにより原子炉冷却材の漏えい箇所を隔離できる設計とする。</p> <p>【61条19】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>19. インターフェイスシステムLOCA時の残留熱除去系統隔離及び原子炉冷却材の漏えい量抑制に係る設計</p>
	<p>なお、設計基準事故対処設備である高圧炉心スプレイ系注入弁及び低圧炉心スプレイ系注入弁は、重大事故等対処設備として使用することから、重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【61条20】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・高圧炉心スプレイ系 ・低圧炉心スプレイ系
	<p>(2) 多様性、位置的分散等</p> <p>高圧炉心スプレイ系ポンプ、低圧炉心スプレイ系ポンプ及びサプレッション・チェンバは、設計基準事故対処設備であるとともに、重大事故等時においても使用するため、重大事故等対処設備としての基本方針に示す設計方針を適用する。ただし、多様性及び独立性並びに位置的分散を考慮すべき対象の設計基準事故対処設備はないことから、重大事故等対処設備の基本方針のうち「5.1.2 多様性、位置的分散等」に示す設計方針は適用しない。</p> <p>【60条15】【62条46】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・高圧炉心スプレイ系 ・低圧炉心スプレイ系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>5.2 原子炉隔離時冷却系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための設備として、想定される重大事故等時において、設計基準事故対処設備である原子炉隔離時冷却系が使用できる場合は重大事故等対処設備として使用できる設計とする。</p> <p>【60条4】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑤原子炉冷却材補給設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉隔離時冷却系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリが高圧の状態であって、設計基準事故対処設備が有する発電用原子炉の冷却機能が喪失した場合においても炉心の著しい損傷を防止するために必要な重大事故等対処設備として、設計基準事故対処設備である高圧炉心スプレイ系及び原子炉隔離時冷却系が全交流動力電源及び常設直流電源系統の機能喪失により起動できない、かつ、中央制御室からの操作により高圧代替注水系を起動できない場合に、原子炉隔離時冷却系を現場操作により起動できる設計とする。</p> <p>【60条1】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑤原子炉冷却材補給設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉隔離時冷却系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>原子炉隔離時冷却系は、全交流動力電源及び常設直流電源系統が機能喪失した場合においても、現場で弁を人力操作することにより起動し、蒸気タービン駆動ポンプによりサプレッション・チェンバのプール水を原子炉圧力容器へ注水することで原子炉冷却材圧力バウンダリの減圧対策及び原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時の冷却対策の準備が整うまでの期間にわたり、発電用原子炉の冷却を継続できる設計とする。なお、人力による措置は容易に行える設計とする。</p> <p>【60条10】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑤原子炉冷却材補給設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉隔離時冷却系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>全交流動力電源が喪失し、原子炉隔離時冷却系の起動又は運転継続に必要な直流電源を所内常設直流電源設備により給電している場合は、所内常設直流電源設備の蓄電池が枯渇する前に常設代替交流電源設備、可搬型代替直流電源設備又は可搬型代替交流電源設備により原子炉隔離時冷却系の運転継続に必要な直流電源を確保する設計とする。</p> <p>原子炉隔離時冷却系は、常設代替交流電源設備、可搬型代替直流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電により機能を復旧し、蒸気タービン駆動ポンプによりサプレッション・チェンバのプール水を原子炉圧力容器へ注水することで炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>【60条12】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>第1-4-1図 単線結線図（1/5）</p> <p>第1-4-2図 単線結線図（2/5）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑤原子炉冷却材補給設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉隔離時冷却系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>d. 原子炉隔離時冷却系</p>
	<p>原子炉隔離時冷却系の流路として、設計基準対象施設である原子炉圧力容器及び炉心支持構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【60条11】</p>	<p>V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体）</p> <p>V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書</p> <p>V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑤原子炉冷却材補給設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉隔離時冷却系
	<p>(2) 多様性、位置的分散等</p> <p>原子炉隔離時冷却系ポンプは、設計基準事故対処設備であるとともに、重大事故等時においても使用するため、重大事故等対処設備としての基本方針に示す設計方針を適用する。ただし、多様性及び独立性並びに位置的分散を考慮すべき対象の設計基準事故対処設備はないことから、重大事故等対処設備の基本方針のうち「5.1.2 多様性、位置的分散等」に示す設計方針は適用しない。</p> <p>【60条15】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑤原子炉冷却材補給設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・原子炉隔離時冷却系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>5.3 低圧注水系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>残留熱除去系（低圧注水系）は、炉心スプレイ系とは独立して、再循環回路の完全破断のような原子炉冷却材喪失時に、非常用電源設備に結ばれた電動機駆動ポンプによりサプレッション・チェンバのプール水を炉心内に注水し、炉心を水浸けにすることにより、燃料の過熱を防止する設計とする。</p>	<p>5.3 低圧注水系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>残留熱除去系（低圧注水系）は、炉心スプレイ系とは独立して、再循環回路の完全破断のような原子炉冷却材喪失時に、非常用電源設備に結ばれた電動機駆動ポンプによりサプレッション・チェンバのプール水を炉心内に注水し、炉心を水浸けにすることにより、燃料の過熱を防止する設計とする。</p> <p>【32条7】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.3.1 残留熱除去系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・残留熱除去系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための設備として、想定される重大事故等時において、設計基準事故対処設備である残留熱除去系（低圧注水系）が使用できる場合は、重大事故等対処設備として使用できる設計とする。</p> <p>【62条3】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・残留熱除去系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>全交流動力電源喪失又は残留熱除去系海水系機能喪失によるサポート系の故障により、残留熱除去系（低圧注水系）が起動できない場合の重大事故等対処設備として、常設代替交流電源設備を使用し、残留熱除去系（低圧注水系）を復旧できる設計とする。残留熱除去系（低圧注水系）は、常設代替交流電源設備からの給電により機能を復旧し、残留熱除去系ポンプによりサプレッション・チェンバのプール水を原子炉圧力容器へ注水することで炉心を冷却できる設計とする。本系統に使用する冷却水は、残留熱除去系海水系又は緊急用海水系から供給できる設計とする。</p> <p>【62条13】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>第1-4-1図 単線結線図（1/5）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・残留熱除去系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>b. 残留熱除去設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>残留熱除去系（低圧注水系）の流路として、設計基準対象施設である原子炉圧力容器、炉心支持構造物及び原子炉圧力容器内部構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【62条19】</p>	<p>V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体）</p> <p>V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書</p> <p>V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添7 原子炉圧力容器内部構造物の強度計算書</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・残留熱除去系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>(2) 多様性、位置的分散等</p> <p>残留熱除去系ポンプ、残留熱除去系熱交換器及びサブプレッション・チェンバは、設計基準事故対処設備であるとともに、重大事故等時においても使用するため、重大事故等対処設備としての基本方針に示す設計方針を適用する。ただし、多様性及び独立性並びに位置的分散を考慮すべき対象の設計基準事故対処設備はないことから、重大事故等対処設備の基本方針のうち「5.1.2 多様性、位置的分散等」に示す設計方針は適用しない。</p> <p>【62条46】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・残留熱除去系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>5.4 ほう酸水注入系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための設備のうち、事象進展抑制のための設備として、ほう酸水注入系を設ける設計とする。</p> <p>【60条2】</p>	<p>V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（計測制御系統施設）</p>	<p>V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1</p> <p>2. 計測制御系統施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>① ほう酸水注入系</p> <p>2.4 兼用を含む計測制御系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>高圧代替注水系及び原子炉隔離時冷却系を用いた発電用原子炉への高圧注水により原子炉水位を維持できない場合を想定した重大事故等対処設備として、ほう酸水注入系は、ほう酸水注入ポンプにより、ほう酸水貯蔵タンクのほう酸水を原子炉圧力容器へ注入することで、重大事故等の進展を抑制できる設計とする。</p> <p>【60条13】</p>	V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（計測制御系統施設）	V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1 2. 計測制御系統施設の兼用に関する設計 2.1 機能単位の系統の明確化 2.2 兼用する機能の確認 2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ① ほう酸水注入系 2.4 兼用を含む計測制御系統施設の機器の仕様等に関する設計
	<p>ほう酸水注入系の流路として、設計基準対象施設である原子炉圧力容器、炉心支持構造物及び原子炉圧力容器内部構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【60条14】</p>	V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体） V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書 V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書 V-3-別添7 原子炉圧力容器内部構造物の強度計算書	V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1 2. 計測制御系統施設の兼用に関する設計 2.1 機能単位の系統の明確化 2.2 兼用する機能の確認 2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ① ほう酸水注入系 2.4 兼用を含む計測制御系統施設の機器の仕様等に関する設計
	<p>5.5 高圧代替注水系 (1) 系統構成 原子炉冷却材圧力バウンダリが高圧の状態であって、設計基準事故対処設備が有する発電用原子炉の冷却機能が喪失した場合においても炉心の著しい損傷を防止するために必要な重大事故等対処設備として、高圧代替注水系を設ける設計とする。また、設計基準事故対処設備である高圧炉心スプレイ系及び原子炉隔離時冷却系が全交流動力電源及び常設直流電源系統の機能喪失により起動できない、かつ、中央制御室からの操作により高圧代替注水系を起動できない場合に、高圧代替注水系を現場操作により起動できる設計とする。</p> <p>【60条1】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設） V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並び位置的分散 3.2 原子炉冷却系統施設	18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・高圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>高圧炉心スプレイ系及び原子炉隔離時冷却系が機能喪失した場合の重大事故等対処設備として、高圧代替注水系は、蒸気タービン駆動ポンプによりサプレッション・チェンバのプール水を高圧炉心スプレイ系等を経由して、原子炉圧力容器へ注水することで炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>【60条6】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・高圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>高圧代替注水系は、常設代替交流電源設備、可搬型代替交流電源設備、常設代替直流電源設備又は可搬型代替直流電源設備からの給電が可能な設計とし、中央制御室からの操作が可能な設計とする。</p> <p>【60条7】</p>	<p>第1-4-1図 単線結線図（1/5）</p> <p>第1-4-2図 単線結線図（2/5）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(c) 高圧代替注水系への電源供給に関する設計</p>
	<p>高圧代替注水系は、常設代替交流電源設備、可搬型代替交流電源設備、常設代替直流電源設備及び可搬型代替直流電源設備の機能喪失により中央制御室からの操作ができない場合においても、現場での人力による弁の操作により、原子炉冷却材圧力バウンダリの減圧対策及び原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時の冷却対策の準備が整うまでの期間にわたり、発電用原子炉の冷却を継続できる設計とする。なお、人力による措置は容易に行える設計とする。</p> <p>【60条8】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・高圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>高圧代替注水系の流路として、設計基準対象施設である原子炉圧力容器及び炉心支持構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【60条9】</p>	V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・高圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>5.6 低圧代替注水系</p> <p>5.6.1 低圧代替注水系（常設）による原子炉注水</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリが低圧の状態であって、設計基準事故対処設備が有する発電用原子炉の冷却機能が喪失した場合においても炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損を防止するため、発電用原子炉を冷却するために必要な重大事故等対処設備として、炉心の著しい損傷に至るまでの時間的余裕のない場合に対応するための低圧代替注水系（常設）を設ける設計とする。</p> <p>【62条1】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>残留熱除去系（低圧注水系）及び低圧炉心スプレイ系の機能が喪失した場合並びに全交流動力電源喪失又は残留熱除去系海水系機能喪失によるサポート系の故障により、残留熱除去系（低圧注水系）及び低圧炉心スプレイ系による発電用原子炉の冷却ができない場合の重大事故等対処設備として、低圧代替注水系（常設）は、常設低圧代替注水系ポンプにより、代替淡水貯槽の水を残留熱除去系等を経由して原子炉圧力容器へ注水することで炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>【62条4】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>炉心の著しい損傷、熔融が発生した場合において、原子炉圧力容器内に熔融炉心が存在する場合に、熔融炉心を冷却し、原子炉格納容器の破損を防止するための重大事故等対処設備として、低圧代替注水系（常設）は、常設低圧代替注水系ポンプにより、代替淡水貯槽の水を残留熱除去系等を経由して原子炉圧力容器へ注水することで原子炉圧力容器内に存在する熔融炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>【62条27】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>発電用原子炉停止中において残留熱除去系（原子炉停止時冷却系）の機能が喪失した場合及び発電用原子炉停止中において全交流動力電源喪失又は残留熱除去系海水系機能喪失によるサポート系の故障により、残留熱除去系（原子炉停止時冷却系）が起動できない場合の重大事故等対処設備として、低圧代替注水系（常設）は、常設低圧代替注水系ポンプにより、代替淡水貯槽の水を残留熱除去系等を経由して原子炉圧力容器へ注水することで炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>【62条37】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>低圧代替注水系（常設）は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【62条5】</p>	<p>第1-4-1図 単線結線図（1/5）</p> <p>第1-4-2図 単線結線図（2/5）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p>
	<p>低圧代替注水系（常設）の流路として、設計基準対象施設である原子炉圧力容器、炉心支持構造物及び原子炉圧力容器内部構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【62条6】</p>	<p>V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体）</p> <p>V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書</p> <p>V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添7 原子炉圧力容器内部構造物の強度計算書</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>(2) 多様性, 位置的分散等</p> <p>低圧代替注水系(常設)は, 残留熱除去系(低圧注水系)及び低圧炉心スプレイ系と共通要因によって同時に機能を損なわないよう, 常設低圧代替注水系ポンプを代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電により駆動することで, 非常用所内電気設備を経由した非常用交流電源設備からの給電により駆動する残留熱除去系ポンプを用いた残留熱除去系(低圧注水系)及び低圧炉心スプレイ系ポンプを用いた低圧炉心スプレイ系に対して多様性を有する設計とする。</p> <p>【62条47】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>低圧代替注水系(常設)は, 代替淡水貯槽を水源とすることで, サプレッション・チェンバのプール水を水源とする残留熱除去系(低圧注水系)及び低圧炉心スプレイ系に対して異なる水源を有する設計とする。</p> <p>【62条49】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>常設低圧代替注水系ポンプ及び代替淡水貯槽は, 原子炉建屋外の常設低圧代替注水系格納槽内に設置することで, 原子炉建屋内の残留熱除去系ポンプ, 低圧炉心スプレイ系ポンプ及びサプレッション・チェンバと共通要因によって同時に機能を損なわないよう位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【62条50】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>(3) 独立性</p> <p>低圧代替注水系（常設）の電動弁は、ハンドルを設けて手動操作を可能とすることで、非常用交流電源設備からの給電による遠隔操作に対して多様性を有する設計とする。また、低圧代替注水系（常設）の電動弁は、代替所内電気設備を経由して給電する系統において、独立した電路で系統構成することにより、非常用所内電気設備を経由して給電する系統に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【62条48】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>低圧代替注水系（常設）は、残留熱除去系及び低圧炉心スプレイ系と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、水源から残留熱除去系配管との合流点までの系統について、残留熱除去系及び低圧炉心スプレイ系に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【62条56】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③ 残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・低圧炉心スプレイ系 ・低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>これらの多様性及び系統の独立性並びに位置的分散によって、低圧代替注水系（常設）は、設計基準事故対処設備である残留熱除去系（低圧注水系）及び低圧炉心スプレイ系に対して重大事故等対処設備としての独立性を有する設計とする。</p> <p>【62条57】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③ 残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・低圧炉心スプレイ系 ・低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>5.6.2 低圧代替注水系（可搬型）による原子炉注水</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリが低圧の状態であって、設計基準事故対処設備が有する発電用原子炉の冷却機能が喪失した場合においても炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損を防止するため、発電用原子炉を冷却するために必要な重大事故等対処設備として、低圧代替注水系（可搬型）を設ける設計とする。</p> <p>【62条1】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>残留熱除去系（低圧注水系）及び低圧炉心スプレイ系の機能が喪失した場合並びに全交流動力電源喪失又は残留熱除去系海水系機能喪失によるサポート系の故障により、残留熱除去系（低圧注水系）及び低圧炉心スプレイ系による発電用原子炉の冷却ができない場合の重大事故等対処設備として、低圧代替注水系（可搬型）は、可搬型代替注水中型ポンプ（直列2台）により西側淡水貯水設備の水を、可搬型代替注水大型ポンプにより代替淡水貯槽の水を低圧炉心スプレイ系又は残留熱除去系等を経由して原子炉圧力容器に注水することで炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>【62条7】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>炉心の著しい損傷、溶融が発生した場合において、原子炉圧力容器内に溶融炉心が存在する場合に、溶融炉心を冷却し、原子炉格納容器の破損を防止するための重大事故等対処設備として、低圧代替注水系（可搬型）は、可搬型代替注水中型ポンプ（直列2台）により西側淡水貯水設備の水を、可搬型代替注水大型ポンプにより代替淡水貯槽の水を低圧炉心スプレイ系又は残留熱除去系等を経由して原子炉圧力容器に注水することで原子炉圧力容器内に存在する溶融炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>【62条28】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>発電用原子炉停止中において残留熱除去系（原子炉停止時冷却系）の機能が喪失した場合及び発電用原子炉停止中において全交流動力電源喪失又は残留熱除去系海水系機能喪失によるサポート系の故障により、残留熱除去系（原子炉停止時冷却系）が起動できない場合の重大事故等対処設備として、低圧代替注水系（可搬型）は、可搬型代替注水中型ポンプ（直列 2 台）により西側淡水貯水設備の水を、可搬型代替注水大型ポンプにより代替淡水貯槽の水を低圧炉心スプレイ系又は残留熱除去系等を経由して原子炉圧力容器に注水することで炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>【62 条 38】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>低圧代替注水系（可搬型）は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【62 条 8】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(b) 低圧代替注水系への電源供給に関する設計</p>
	<p>可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。</p> <p>【62 条 9】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>低圧代替注水系（可搬型）の流路として、設計基準対象施設である原子炉压力容器、炉心支持構造物及び原子炉压力容器内部構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【62条12】</p>	<p>V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体）</p> <p>V-3-3-1 原子炉压力容器の強度計算書</p> <p>V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添7 原子炉压力容器内部構造物の強度計算書</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>(2) 多様性、位置的分散等</p> <p>低圧代替注水系（可搬型）は、残留熱除去系（低圧注水系）、低圧炉心スプレイ系及び低圧代替注水系（常設）と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプを空冷式のディーゼルエンジンにより駆動することで、電動機駆動ポンプにより構成される残留熱除去系（低圧注水系）、低圧炉心スプレイ系及び低圧代替注水系（常設）に対して多様性を有する設計とする。</p> <p>【62条51】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>低圧代替注水系（可搬型）の可搬型代替注水中型ポンプは、西側淡水貯水設備を水源とすることで、サブプレッション・チェンバのプール水を水源とする残留熱除去系（低圧注水系）及び低圧炉心スプレイ系並びに代替淡水貯槽を水源とする低圧代替注水系（常設）に対して異なる水源を有する設計とする。また、低圧代替注水系（可搬型）の可搬型代替注水大型ポンプは、代替淡水貯槽を水源とすることで、サブプレッション・チェンバのプール水を水源とする残留熱除去系（低圧注水系）及び低圧炉心スプレイ系に対して異なる水源を有する設計とする。</p> <p>【62条53】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、原子炉建屋及び常設低圧代替注水系格納槽から離れた屋外に分散して保管することで、原子炉建屋内の残留熱除去系ポンプ及び低圧炉心スプレイ系ポンプ並びに常設低圧代替注水系格納槽内の常設低圧代替注水系ポンプと共通要因によって同時に機能を損なわないよう位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【62条54】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプの接続口は、共通要因によって接続できなくなることを防止するため、位置的分散を図った複数箇所に設置する設計とする。</p> <p>【62条55】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>(3) 独立性</p> <p>低圧代替注水系（可搬型）の電動弁は、ハンドルを設けて手動操作を可能とすることで、非常用交流電源設備からの給電による遠隔操作に対して多様性を有する設計とする。また、低圧代替注水系（可搬型）の電動弁は、代替所内電気設備を経由して給電する系統において、独立した電路で系統構成することにより、非常用所内電気設備を経由して給電する系統に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【62条52】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>低圧代替注水系（可搬型）は、残留熱除去系及び低圧炉心スプレイ系と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、水源から残留熱除去系配管及び低圧炉心スプレイ系配管との合流点までの系統について、残留熱除去系及び低圧炉心スプレイ系に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【62条56】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>これらの多様性及び系統の独立性並びに位置的分散によって、低圧代替注水系（可搬型）は、設計基準事故対処設備である残留熱除去系（低圧注水系）及び低圧炉心スプレイ系に対して重大事故等対処設備としての独立性を有する設計とする。また、これらの多様性及び位置的分散によって、低圧代替注水系（常設）及び低圧代替注水系（可搬型）は、互いに重大事故等対処設備としての独立性を有する設計とする。</p> <p>【62条57】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>5.7 代替循環冷却系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための設備として、炉心の著しい損傷及び溶融が発生した場合において、原子炉圧力容器内に溶融炉心が存在する場合の重大事故等対処設備として代替循環冷却系を設ける設計とする。</p> <p>【62条2】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・代替循環冷却系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>炉心の著しい損傷及び溶融が発生した場合において、原子炉圧力容器内に溶融炉心が存在する場合の重大事故等対処設備として代替循環冷却系は、代替循環冷却系ポンプにより、サブプレッション・チェンバのプール水を残留熱除去系等を経由して原子炉圧力容器へ注水することで原子炉圧力容器内に存在する溶融炉心を冷却できる設計とする。本系統に使用する冷却水は、残留熱除去系海水系又は緊急用海水系から供給できる設計とする。</p> <p>【62条 29】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④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</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>代替循環冷却系は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【62条 30】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>b. 残留熱除去設備</p> <p>(a) 残留熱除去系への電源供給に関する設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(e) 代替循環冷却系への電源供給に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>代替循環冷却系の流路として、設計基準対象施設である残留熱除去系ポンプ、原子炉压力容器、炉心支持構造物及び原子炉压力容器内部構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【62条36】</p>	<p>V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体）</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-3-3-1 原子炉压力容器の強度計算書</p> <p>V-3-3-2 原子炉压力容器付属構造物の強度計算書</p> <p>V-3-5-2 残留熱除去設備の強度計算書</p> <p>V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添7 原子炉压力容器内部構造物の強度計算書</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・代替循環冷却系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>5.8 水源、代替水源供給設備</p> <p>5.8.1 重大事故等の収束に必要な水源</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>設計基準事故の収束に必要な水源とは別に、重大事故等の収束に必要な十分な量の水を有する水源を確保することに加えて、設計基準事故対処設備及び重大事故等対処設備に対して重大事故等の収束に必要な十分な水の量を供給するために必要な重大事故等対処設備として、代替淡水貯槽、西側淡水貯水設備、サプレッション・チェンバ及びほう酸水貯蔵タンクを重大事故等の収束に必要な水源として設ける設計とする。</p> <p>【71条1】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（計測制御系統施設）</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>また、これら重大事故等の収束に必要となる水源とは別に、代替淡水源として淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）を設ける設計とする。</p> <p>【71条2】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p>
	<p>代替淡水貯槽を水源として重大事故等の対応を実施する際には、西側淡水貯水設備を代替淡水源とし、西側淡水貯水設備を水源として重大事故等の対応を実施する際には、代替淡水貯槽を代替淡水源とする。また、淡水が枯渇した場合に、海を水源として利用できる設計とする。</p> <p>【71条3】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>代替淡水貯槽は、想定される重大事故等時において、原子炉圧力容器への注水に使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段である低圧代替注水系（常設）及び低圧代替注水系（可搬型）の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条6】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p>
	<p>西側淡水貯水設備は、想定される重大事故等時において、原子炉圧力容器への注水に使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段である低圧代替注水系（可搬型）の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条7】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>サプレッション・チェンバ（容量 3400 m³、個数 1）は、想定される重大事故等時において、原子炉圧力容器への注水に使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段である高圧代替注水系、代替循環冷却系、原子炉隔離時冷却系、高圧炉心スプレイ系、残留熱除去系（低圧注水系）及び低圧炉心スプレイ系の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条8】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p>
	<p>ほう酸水貯蔵タンクは、想定される重大事故等時において、原子炉圧力容器への注水に使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段であるほう酸水注入系の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条9】</p>	<p>V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（計測制御系統施設）</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>代替淡水源である淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）は、想定される重大事故等時において、代替淡水貯槽又は西側淡水貯水設備へ水を供給するための水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条10】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p>
	<p>海は、想定される重大事故等時において、淡水が枯渇した場合に、代替淡水貯槽又は西側淡水貯水設備へ水を供給するための水源であるとともに、原子炉圧力容器への注水に使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段である低圧代替注水系（可搬型）の水源として利用できる設計とする。</p> <p>【71条11】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>5.8.2 代替水源供給設備</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>設計基準事故対処設備及び重大事故等対処設備に対して、重大事故等の収束に必要なとなる十分な量の水を供給するために必要な設備及び海を利用するために必要な設備として、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプを設ける設計とする。</p> <p>【71条4】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p>
	<p>重大事故等の収束に必要な水源である代替淡水貯槽へ淡水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水中型ポンプは、代替淡水源である西側淡水貯水設備、淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）の淡水を、可搬型代替注水大型ポンプは、淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）の淡水を代替淡水貯槽へ供給できる設計とする。</p> <p>また、淡水が枯渇した場合に、重大事故等の収束に必要な水源である代替淡水貯槽へ海水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、海水を代替淡水貯槽へ供給できる設計とする。</p> <p>【71条12】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>重大事故等の収束に必要な水源である西側淡水貯水設備へ淡水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水大型ポンプは、代替淡水源である代替淡水貯槽、淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）の淡水を西側淡水貯水設備へ供給できる設計とする。</p> <p>また、淡水が枯渇した場合に、重大事故等の収束に必要な水源である西側淡水貯水設備へ海水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水大型ポンプは、海水を西側淡水貯水設備へ供給できる設計とする。</p> <p>【71条13】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <ul style="list-style-type: none"> c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 <p>(d) 水源に係る設備</p>
	<p>可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。</p> <p>【71条14】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ 低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <ul style="list-style-type: none"> c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 <p>(d) 水源に係る設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>代替水源及び代替淡水源からの移送ルートを確保するとともに、可搬型のホース、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプについては、複数箇所に分散して保管する。</p> <p>【71条5】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(d) 水源に係る設備</p>
<p>6. 原子炉冷却材補給設備</p> <p>6.1 原子炉隔離時冷却系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>原子炉隔離時冷却系は、発電用原子炉停止後、何らかの原因で給水が停止した場合等に原子炉水位を維持するため、発電用原子炉で発生する蒸気の一部を用いたタービン駆動のポンプにより、サプレッション・チェンバのプール水又は復水貯蔵タンクの水を原子炉圧力容器に補給し水位を維持できる設計とする。</p>	<p>6. 原子炉冷却材補給設備</p> <p>6.1 原子炉隔離時冷却系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>原子炉隔離時冷却系は、発電用原子炉停止後、何らかの原因で給水が停止した場合等に原子炉水位を維持するため、発電用原子炉で発生する蒸気の一部を用いたタービン駆動のポンプにより、サプレッション・チェンバのプール水又は復水貯蔵タンクの水を原子炉圧力容器に補給し水位を維持できる設計とする。</p> <p>【33条7】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.4.3 原子炉隔離時冷却系</p> <p>構造図</p> <p>4.4.3 原子炉隔離時冷却系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑤原子炉冷却材補給設備</p> <p>・ 原子炉隔離時冷却系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
<p>また、原子炉冷却材喪失事故に至らない原子炉冷却材圧力バウンダリからの小さな漏えい及び原子炉冷却材圧力バウンダリに接続する小口径配管の破断又は小さな機器の損傷による冷却材の漏えいに対し、補給する能力を有する設計とする。</p>	<p>また、原子炉冷却材喪失事故に至らない原子炉冷却材圧力バウンダリからの小さな漏えい及び原子炉冷却材圧力バウンダリに接続する小口径配管の破断又は小さな機器の損傷による冷却材の漏えいに対し、補給する能力を有する設計とする。</p> <p>【33条8】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.4.3 原子炉隔離時冷却系</p> <p>構造図</p> <p>4.4.3 原子炉隔離時冷却系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑤原子炉冷却材補給設備</p> <p>・ 原子炉隔離時冷却系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
原子炉隔離時冷却系は、短時間の全交流動力電源喪失時においても、炉心を冷却する機能を有する設計とする。	原子炉隔離時冷却系は、全交流動力電源喪失時から重大事故等に対処するために必要な電力の供給が常設代替交流電源設備から開始されるまでの間、炉心を冷却する機能を有する設計とする。 【33条12】	原子炉冷却系統施設 要目表 V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設） 原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図 4.4.3 原子炉隔離時冷却系 構造図 4.4.3 原子炉隔離時冷却系	(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計) 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑤原子炉冷却材補給設備 ・原子炉隔離時冷却系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
	インターフェイスシステムLOCA発生時の重大事故等対処設備として、原子炉隔離時冷却系原子炉注入弁は、現場で弁を操作することにより原子炉冷却材の漏えい箇所を隔離できる設計とする。 【61条19】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設） V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.2 原子炉冷却系統施設	18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑤ 原子炉冷却材補給設備 ・原子炉隔離時冷却系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 19. インターフェイスシステムLOCA時の系統隔離及び原子炉冷却材の漏えい量抑制に係る設計
	なお、設計基準事故対処設備である原子炉隔離時冷却系原子炉注入弁は、重大事故等対処設備として使用することから、重大事故等対処設備としての設計を行う。 【61条20】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設） V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.2 原子炉冷却系統施設	18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑤ 原子炉冷却材補給設備 ・原子炉隔離時冷却系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>7. 原子炉補機冷却設備</p> <p>7.1 残留熱除去系海水系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>最終ヒートシンクへ熱を輸送することができる設備である残留熱除去系海水系は、発電用原子炉停止時に残留熱除去系により除去された原子炉圧力容器内において発生した残留熱及び重要安全施設において発生した熱を最終的な熱の逃がし場である海へ輸送が可能な設計とする。</p> <p>また、津波又は発電所敷地若しくはその周辺において想定される発電用原子炉施設の安全性を損なわせる原因となるおそれがある事象であって人為によるものに対して安全性を損なわない設計とする。</p>	<p>7. 原子炉補機冷却設備</p> <p>7.1 残留熱除去系海水系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>最終ヒートシンクへ熱を輸送することができる設備である残留熱除去系海水系は、発電用原子炉停止時に残留熱除去系により除去された原子炉圧力容器内において発生した残留熱及び重要安全施設において発生した熱を、常設代替交流電源設備から電気の供給が開始されるまでの間の全交流動力電源喪失時を除いて、最終的な熱の逃がし場である海へ輸送が可能な設計とする。</p> <p>また、津波、溢水又は発電所敷地若しくはその周辺において想定される発電用原子炉施設の安全性を損なわせる原因となるおそれがある事象であって人為によるものに対して安全性を損なわない設計とする。</p> <p>【33条13】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.6.1 残留熱除去系海水系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥原子炉補機冷却設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系海水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
<p>残留熱除去系海水系は、残留熱除去系海水系ポンプを設置し残留熱除去系熱交換器に冷却用海水を供給することにより、非常時に動的機器の単一故障及び外部電源喪失を仮定した場合でも、残留熱除去設備、非常用炉心冷却設備等の機器から発生する熱を最終的な熱の逃がし場である海へ輸送が可能な設計とする。</p>	<p>残留熱除去系海水系は、残留熱除去系海水系ポンプを設置し残留熱除去系熱交換器に冷却用海水を供給することにより、非常時に動的機器の単一故障及び外部電源喪失を仮定した場合でも、残留熱除去設備、非常用炉心冷却設備等の機器から発生する熱を最終的な熱の逃がし場である海へ輸送が可能な設計とする。</p> <p>【33条14】</p>	<p>原子炉冷却系統施設 要目表</p> <p>原子炉冷却系統施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図</p> <p>4.6.1 残留熱除去系海水系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 原子炉補機冷却設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系海水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための設備、最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備、原子炉格納容器内の冷却等のための設備、原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備及び原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための設備として、想定される重大事故等時において、設計基準事故対処設備である残留熱除去系海水系が使用できる場合は重大事故等対処設備として使用できる設計とする。</p> <p>【62条14】【62条21】【62条31】【62条40】【63条2】 【64条17】【64条26】【64条36】【64条44】【65条3】 【66条33】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 原子炉補機冷却設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系海水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>(2) 多様性、位置的分散等</p> <p>残留熱除去系海水系ポンプ及び残留熱除去系海水系ストレーナは、設計基準事故対処設備であるとともに、重大事故等時においても使用するため、重大事故等対処設備としての基本方針に示す設計方針を適用する。ただし、多様性及び独立性並びに位置的分散を考慮すべき対象の設計基準事故対処設備はないことから、重大事故等対処設備の基本方針のうち「5.1.2 多様性、位置的分散等」に示す設計方針は適用しない。</p> <p>【62条46】【63条35】【64条52】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 原子炉補機冷却設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系海水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>7.2 緊急用海水系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>設計基準事故対処設備が有する最終ヒートシンクへ熱を輸送する機能が喪失した場合において炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損（炉心の著しい損傷が発生する前に生ずるものに限る。）を防止するため、最終ヒートシンクへ熱を輸送するために必要な重大事故等対処設備として、緊急用海水系を設ける設計とする。</p> <p>【63条1】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 原子炉補機冷却設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系海水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>残留熱除去系海水系の故障又は全交流動力電源の喪失により、最終ヒートシンクへ熱を輸送する機能が喪失した場合の重大事故等対処設備として、緊急用海水系は、サブプレッション・チェンバへの熱の蓄積により原子炉冷却機能が確保できる一定の期間内に、緊急用海水ポンプにて残留熱除去系熱交換器に海水を送水することで、残留熱除去系等の機器で発生した熱を最終的な熱の逃がし場である海へ輸送できる設計とする。</p> <p>【63 条 31】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 原子炉補機冷却設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系海水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>緊急用海水系は、緊急用海水ポンプにて非常用取水設備である SA 用海水ピット取水塔、海水引込み管、SA 用海水ピット、緊急用海水取水管及び緊急用海水ポンプピットを通じて海水を取水し、緊急用海水ポンプ出口に設置される緊急用海水系ストレーナにより異物を除去し、残留熱除去系熱交換器又は代替燃料プール冷却系熱交換器に海水を送水することで、残留熱除去系熱交換器又は代替燃料プール冷却系熱交換器で発生した熱を最終的な熱の逃がし場である海へ輸送できる設計とする。</p> <p>【62 条 16】【62 条 23】【62 条 33】【62 条 42】【63 条 32】 【64 条 19】【64 条 28】【64 条 38】【64 条 46】【65 条 6】 【66 条 35】【69 条 60】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 原子炉補機冷却設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系海水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>緊急用海水ポンプは、常設代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【62 条 17】【62 条 24】【62 条 34】【62 条 43】【63 条 33】 【64 条 20】【64 条 29】【64 条 39】【64 条 47】【65 条 7】 【66 条 36】【69 条 61】</p>	第 1-4-1 図 単線結線図 (1/5)	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>e. 原子炉補機冷却設備</p>
	<p>(2) 多様性、位置的分散等</p> <p>緊急用海水系は、残留熱除去系海水系と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、常設代替交流電源設備からの給電を可能とすることで、非常用交流電源設備からの給電により駆動する残留熱除去系海水系に対して、多様性を有する設計とする。また、緊急用海水系は、格納容器圧力逃がし装置及び耐圧強化ベント系に対して、除熱手段の多様性を有する設計とする。</p> <p>【63 条 40】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 原子炉補機冷却設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系海水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>緊急用海水系は、原子炉建屋に隣接する緊急用海水ポンプピット内に設置することにより、海水ポンプ室に設置する残留熱除去系海水系ポンプ、原子炉建屋外の格納容器圧力逃がし装置及び耐圧強化ベント系と共通要因によって同時に機能を損なわないよう位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【63条 41】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並び位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 原子炉補機冷却設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系海水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>(3) 独立性</p> <p>緊急用海水系は、電源の多様性及び機器の位置的分散により、残留熱除去系海水系に対し独立性を有する設計とする。</p> <p>【63条 42】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並び位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 原子炉補機冷却設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系海水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
<p>8. 原子炉冷却材浄化設備</p> <p>8.1 原子炉冷却材浄化系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>原子炉冷却材浄化系は、原子炉冷却材の純度を高く保つために設置するもので、原子炉冷却材再循環系配管から冷却材を一部取り出し、原子炉冷却材浄化系フィルタ脱塩器によって浄化脱塩して給水系へ戻すことにより、原子炉冷却材中の不純物及び放射性物質の濃度を発電用原子炉施設の運転に支障を及ぼさない値以下に保つことができる設計とする。</p>	<p>8. 原子炉冷却材浄化設備</p> <p>8.1 原子炉冷却材浄化系</p> <p>(1) 系統構成</p> <p>原子炉冷却材浄化系は、原子炉冷却材の純度を高く保つために設置するもので、原子炉冷却材再循環系配管から冷却材を一部取り出し、原子炉冷却材浄化系フィルタ脱塩器によって浄化脱塩して給水系へ戻すことにより、原子炉冷却材中の不純物及び放射性物質の濃度を発電用原子炉施設の運転に支障を及ぼさない値以下に保つことができる設計とする。</p> <p>【33条 10】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>放射性物質を含む原子炉冷却材を、原子炉起動時、停止時及び高温待機時において、原子炉冷却材系統外に排出する場合は、原子炉冷却材浄化系により原子炉冷却材を浄化して、液体廃棄物処理系へ導く設計とする。</p>	<p>放射性物質を含む原子炉冷却材を、原子炉起動時、停止時及び高温待機時において、原子炉冷却材系統外に排出する場合は、原子炉冷却材浄化系により原子炉冷却材を浄化して、液体廃棄物処理系へ導く設計とする。</p> <p>【29条 1】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
<p>9. 原子炉格納容器内の原子炉冷却材漏えいを監視する装置 原子炉冷却材圧力バウンダリからの原子炉冷却材の漏えいに対して、格納容器床ドレン流量、格納容器機器ドレン流量及び原子炉格納容器内雰囲気中の核分裂生成物の放射能の測定により検出する装置を設ける設計とする。</p>	<p>9. 原子炉格納容器内の原子炉冷却材漏えいを監視する装置 原子炉冷却材圧力バウンダリからの原子炉冷却材の漏えいに対して、格納容器床ドレン流量、格納容器機器ドレン流量及び原子炉格納容器内雰囲気中の核分裂生成物の放射能の測定により検出する装置を設ける設計とする。 【28条9】</p>	<p>V-1-4-1 原子炉格納容器内の原子炉冷却材の漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 漏えいを監視する装置の構成</p> <p>4. 漏えいを監視する装置の計測範囲及び警報動作範囲</p>	<p>(基本設計方針に変更はないが、要求事項に変更があり、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(b) 原子炉冷却材の漏えい監視装置の構成等に係る設計</p>
<p>このうち、漏えい位置を特定できない原子炉格納容器内の漏えいに対しては、格納容器床ドレン流量により 1 時間以内に 0.23 m³/h の漏えい量を検出する能力を有する設計とするとともに、自動的に中央制御室に警報を発信する設計とする。また、測定値は、中央制御室に指示する設計とする。</p>	<p>このうち、漏えい位置を特定できない原子炉格納容器内の漏えいに対しては、格納容器床ドレン流量により 1 時間以内に 0.23 m³/h の漏えい量を検出する能力を有する設計とするとともに、自動的に中央制御室に警報を発信する設計とする。また、測定値は、中央制御室に指示する設計とする。 【28条10】</p>	<p>V-1-4-1 原子炉格納容器内の原子炉冷却材の漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 漏えいを監視する装置の構成</p> <p>4. 漏えいを監視する装置の計測範囲及び警報動作範囲</p>	<p>(基本設計方針に変更はないが、要求事項に変更があり、本工認で必要な設計)</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(b) 原子炉冷却材の漏えい監視装置の構成等に係る設計</p>
<p>格納容器床ドレン流量計は、格納容器床ドレンサンプから原子炉建屋原子炉棟床ドレンサンプへのドレン配管に設ける設計とする。</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリからの原子炉冷却材の漏えいは、格納容器床ドレンサンプへ流入した後、原子炉建屋原子炉棟床ドレンサンプへのドレン配管を通ることにより、格納容器床ドレン流量計にて検出できる設計とする。</p>	<p>格納容器床ドレン流量計は、格納容器床ドレンサンプから原子炉建屋原子炉棟床ドレンサンプへのドレン配管に設ける設計とする。</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリからの原子炉冷却材の漏えいは、格納容器床ドレンサンプへ流入した後、導入管及び原子炉建屋原子炉棟床ドレンサンプへのドレン配管を通ることにより、格納容器床ドレン流量計にて検出できる設計とする。</p> <p>格納容器床ドレンサンプの水位は、通常運転中ドライウエル内ガス冷却装置から発生する凝縮水が流入することで、常時導入管高さ (1 m) に維持可能な設計とする。格納容器床ドレンサンプの水位が低下していると想定される場合には、水張りを実施することで、常時導入管高さ (1 m) に維持可能な設計とする。 【28条11】</p>	<p>V-1-4-1 原子炉格納容器内の原子炉冷却材の漏えいを監視する装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 漏えいを監視する装置の構成</p> <p>4. 漏えいを監視する装置の計測範囲及び警報動作範囲</p>	<p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉冷却材の循環設備</p> <p>(b) 原子炉冷却材の漏えい監視装置の構成等に係る設計</p>
	<p><u>また、格納容器床ドレンサンプ水位維持を確認することを保安規定に定めて管理する。</u> 【28条12】</p>	<p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部> —</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
格納容器床ドレン流量計が故障した場合は、これと同等の機能を有するドライウェルエアークーラードレン流量計及び核分裂生成物モニタ粒子放射線モニタにより、漏えい位置を特定できない原子炉格納容器内の漏えいを検知可能な設計とする。	格納容器床ドレン流量計が故障した場合は、これと同等の機能を有するドライウェルエアークーラードレン流量計及び核分裂生成物モニタ粒子放射線モニタにより、漏えい位置を特定できない原子炉格納容器内の漏えいを検知可能な設計とする。 【28条13】	—	— (追加要求事項なし)
10. 流体振動等による損傷の防止 原子炉冷却系統、原子炉冷却材浄化系及び残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)に係る容器、管、ポンプ及び弁は、原子炉冷却材の循環、沸騰その他の原子炉冷却材の挙動により生じる流体振動又は温度差のある流体の混合その他の原子炉冷却材の挙動により生じる温度変動により損傷を受けない設計とする。	10. 流体振動等による損傷の防止 原子炉冷却系統、原子炉冷却材浄化系及び残留熱除去系(原子炉停止時冷却系)に係る容器、管、ポンプ及び弁は、原子炉冷却材の循環、沸騰その他の原子炉冷却材の挙動により生じる流体振動又は温度差のある流体の混合その他の原子炉冷却材の挙動により生じる温度変動により損傷を受けない設計とする。 【19条2】	—	— (追加要求事項なし)
	管に設置された円柱状構造物で耐圧機能を有するものに関する流体振動評価は、日本機械学会「配管内円柱状構造物の流力振動評価指針」(J S M E S 0 1 2)の規定に基づく手法及び評価フローに従った設計とする。 【19条3】	V-1-4-2 流体振動又は温度変動による損傷の防止に関する説明書	18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.5 各機器固有の設計 (2) その他各設備固有の設計 a. 原子炉冷却材の循環設備 (c) 流体振動又は温度変動による損傷防止に係る設計
	温度差のある流体の混合等で生じる温度変動により発生する配管の高サイクル熱疲労による損傷防止は、日本機械学会「配管の高サイクル熱疲労に関する評価指針」(J S M E S 0 1 7)の規定に基づく手法及び評価フローに従った設計とする。 【19条4】	V-1-4-2 流体振動又は温度変動による損傷の防止に関する説明書	18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.5 各機器固有の設計 (2) その他各設備固有の設計 a. 原子炉冷却材の循環設備 (c) 流体振動又は温度変動による損傷防止に係る設計
11. 主要対象設備 原子炉冷却系統施設(蒸気タービンを除く。)の対象となる主要な設備について、「表1 原子炉冷却系統施設(蒸気タービンを除く。)の主要設備リスト」に示す。	11. 主要対象設備 原子炉冷却系統施設(蒸気タービンを除く。)の対象となる主要な設備について、「表1 原子炉冷却系統施設(蒸気タービンを除く。)の主要設備リスト」に示す。 本施設の設備として兼用する場合に主要設備リストに記載されない設備については、「表2 原子炉冷却系統施設(蒸気タービンを除く。)の兼用設備リスト」に示す。	—	— (「主要設備リスト」及び「兼用設備リスト」による)

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：原子炉冷却系統施設（蒸気タービン）】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子力設備に関する技術基準を定める省令」, 「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
第1章 共通項目 蒸気タービンの共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求(5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	第1章 共通項目 蒸気タービンの共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求(5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	—	— (追加要求事項なし)
第2章 個別項目 1. 蒸気タービン 設計基準対象施設に施設する蒸気タービン及び蒸気タービンの付属設備は, 想定される環境条件において, 材料に及ぼす化学的及び物理的影響を考慮した設計とする。 また, 振動対策, 過速度対策等各種の保護装置及び監視制御装置により, 中央制御室及び現場において運転状態の監視を行い, 発電用原子炉施設の安全性を損なわないよう, 以下の事項を考慮して設計する。	第2章 個別項目 1. 蒸気タービン 設計基準対象施設に施設する蒸気タービン及び蒸気タービンの付属設備は, 想定される環境条件において, 材料に及ぼす化学的及び物理的影響を考慮した設計とする。 また, 振動対策, 過速度対策等各種の保護装置及び監視制御装置により, 中央制御室及び現場において運転状態の監視を行い, 発電用原子炉施設の安全性を損なわないよう, 以下の事項を考慮して設計する。 【31条1】	—	— (追加要求事項なし)
1.1 蒸気タービン本体 蒸気タービンの定格出力は, 排気圧力-96.3 kPa, 補給水率0%にて, 発電端で1100000 kWとなる設計とする。 定格熱出力一定運転の実施においても, 蒸気タービン設備の保安が確保できるように定格熱出力一定運転を考慮した設計とする。	1.1 蒸気タービン本体 蒸気タービンの定格出力は, 排気圧力-96.3 kPa, 補給水率0%にて, 発電端で1100000 kWとなる設計とする。 定格熱出力一定運転の実施においても, 蒸気タービン設備の保安が確保できるように定格熱出力一定運転を考慮した設計とする。 【31条2】	—	— (追加要求事項なし)
蒸気タービンは, 非常调速装置が作動したときに達する回転速度並びに蒸気タービンの起動時及び停止過程を含む運転中に主要な軸受又は軸に発生しうる最大の振動に対して構造上十分な機械的強度を有す	蒸気タービンは, 非常调速装置が作動したときに達する回転速度並びに蒸気タービンの起動時及び停止過程を含む運転中に主要な軸受又は軸に発生しうる最大の振動に対して構造上十分な機械的強度を有す	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>る設計とする。</p> <p>また、蒸気タービンの軸受は、主油ポンプ、補助油ポンプ、非常用油ポンプ等の軸受潤滑設備を設置することにより、運転中の荷重を安定に支持でき、かつ、異常な摩耗、変形及び過熱が生じない設計とする。</p>	<p>る設計とする。</p> <p>【31条3】</p> <p>また、蒸気タービンの軸受は、主油ポンプ、補助油ポンプ、非常用油ポンプ等の軸受潤滑設備を設置することにより、運転中の荷重を安定に支持でき、かつ、異常な摩耗、変形及び過熱が生じない設計とする。</p> <p>【31条4】</p>		
<p>蒸気タービン及び発電機その他の回転体を同一軸上に結合したものの危険速度は、速度調定率で定まる回転速度の範囲のうち最小の回転速度から、非常調速装置が作動したときに達する回転速度までの間に発生しない設計とする。</p> <p>また、蒸気タービン起動時の危険速度を通過する際には速やかに昇速できる設計とする。</p>	<p>蒸気タービン及び発電機その他の回転体を同一軸上に結合したものの危険速度は、速度調定率で定まる回転速度の範囲のうち最小の回転速度から、非常調速装置が作動したときに達する回転速度までの間に発生しない設計とする。</p> <p>また、蒸気タービン起動時の危険速度を通過する際には速やかに昇速できる設計とする。</p> <p>【31条5】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>蒸気タービン及びその付属設備の耐圧部分の構造は、最高使用圧力又は最高使用温度において発生する最大の応力が当該部分に使用する材料の許容応力を超えない設計とする。</p>	<p>蒸気タービン及びその付属設備の耐圧部分の構造は、最高使用圧力又は最高使用温度において発生する最大の応力が当該部分に使用する材料の許容応力を超えない設計とする。</p> <p>【31条6】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>蒸気タービンには、その回転速度及び出力が負荷の変動の際にも持続的に動揺することを防止する調速装置を設けるとともに、運転中に生じた過回転、発電機の内部故障、復水器真空低下、スラスト軸受の摩耗による設備の破損を防止するため、その異常が発生した場合に蒸気タービンに流入する蒸気を自動的かつ速やかに遮断する非常調速装置及び保安装置を設置する。また、調速装置は、最大負荷を遮断した場合に達する回転速度を非常調速装置が作動する回転速度未満にする能力を有する設計とする。</p> <p>なお、過回転については定格回転速度の1.11倍を超えない回転数で非常調速装置が作動する設計とする。</p>	<p>蒸気タービンには、その回転速度及び出力が負荷の変動の際にも持続的に動揺することを防止する調速装置を設けるとともに、運転中に生じた過回転、発電機の内部故障、復水器真空低下、スラスト軸受の摩耗による設備の破損を防止するため、その異常が発生した場合に蒸気タービンに流入する蒸気を自動的かつ速やかに遮断する非常調速装置及び保安装置を設置する。また、調速装置は、最大負荷を遮断した場合に達する回転速度を非常調速装置が作動する回転速度未満にする能力を有する設計とする。</p> <p>なお、過回転については定格回転速度の1.11倍を超えない回転数で非常調速装置が作動する設計とする。</p> <p>【31条7】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>蒸気タービン及びその付属設備であって、最高使用圧力を超える過圧が生ずるおそれのあるものにおいては、排気圧力の上昇時に過圧を防止することができる容量を有し、かつ、最高使用圧力以下で動作する大気放出板を設置し、その圧力を逃がすことができる設</p>	<p>蒸気タービン及びその付属設備であって、最高使用圧力を超える過圧が生ずるおそれのあるものにおいては、排気圧力の上昇時に過圧を防止することができる容量を有し、かつ、最高使用圧力以下で動作する大気放出板を設置し、その圧力を逃がすことができる設</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
計とする。	計とする。 【31条8】		
<p>蒸気タービンには、設備の損傷を防止するため、以下の運転状態を計測する監視装置を設け、各部の状態を監視することができる設計とする。</p> <p>(1) 蒸気タービンの回転速度 (2) 主塞止弁の前及び中間塞止加減弁の前における蒸気の圧力及び温度 (3) 蒸気タービンの排気圧力 (4) 蒸気タービンの軸受の入口における潤滑油の圧力 (5) 蒸気タービンの軸受の出口における潤滑油の温度又は軸受メタル温度 (6) 蒸気加減弁の開度 (7) 蒸気タービンの振動の振幅</p>	<p>蒸気タービンには、設備の損傷を防止するため、以下の運転状態を計測する監視装置を設け、各部の状態を監視することができる設計とする。</p> <p>(1) 蒸気タービンの回転速度 (2) 主塞止弁の前及び中間塞止加減弁の前における蒸気の圧力及び温度 (3) 蒸気タービンの排気圧力 (4) 蒸気タービンの軸受の入口における潤滑油の圧力 (5) 蒸気タービンの軸受の出口における潤滑油の温度又は軸受メタル温度 (6) 蒸気加減弁の開度 (7) 蒸気タービンの振動の振幅</p> <p>【31条9】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>蒸気タービンは、振動を起こさないように十分配慮をばらうとともに、万一、振動が発生した場合にも振動監視装置により、警報を発するように設計する。また、運転中振動の振幅を自動的に記録できる設計とする。</p>	<p>蒸気タービンは、振動を起こさないように十分配慮をばらうとともに、万一、振動が発生した場合にも振動監視装置により、警報を発するように設計する。また、運転中振動の振幅を自動的に記録できる設計とする。</p> <p>【31条10】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>蒸気タービン及びその付属設備の構造設計において発電用火力設備に関する技術基準を定める省令及びその解釈に規定のないものについては、信頼性が確認され十分な実績のある設計方法、安全率等を用いるほか、最新知見を反映し、十分な安全性を持たせることにより保安が確保できる設計とする。</p> <p>主復水器は、冷却水温度 19℃、補給水率 0% 及び蒸気タービンの定格出力において、排気圧力-96.3 kPa を確保できる設計とする。</p>	<p>蒸気タービン及びその付属設備の構造設計において発電用火力設備に関する技術基準を定める省令及びその解釈に規定のないものについては、信頼性が確認され十分な実績のある設計方法、安全率等を用いるほか、最新知見を反映し、十分な安全性を持たせることにより保安が確保できる設計とする。</p> <p>【31条11】</p> <p>主復水器は、冷却水温度 19℃、補給水率 0% 及び蒸気タービンの定格出力において、排気圧力-96.3 kPa を確保できる設計とする。</p> <p>【31条12】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>1.2 蒸気タービンの付属設備</p> <p>ポンプを除く蒸気タービンの付属設備に属する容器及び管の耐圧部分に使用する材料は、想定される環境条件において、材料に及ぼす化学的及び物理的影響に対し、安全な化学的成分及び機械的強度を有するも</p>	<p>1.2 蒸気タービンの付属設備</p> <p>ポンプを除く蒸気タービンの付属設備に属する容器及び管の耐圧部分に使用する材料は、想定される環境条件において、材料に及ぼす化学的及び物理的影響に対し、安全な化学的成分及び機械的強度を有するも</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
のを使用する。	のを使用する。 【31条13】		
<p>また、蒸気タービンの付属設備のうち、主要な耐圧部の溶接部については、次のとおりとし、溶接事業者検査により適用基準及び適用規格に適合していることを確認する。</p> <p>(1) 不連続で特異な形状でないものであること。</p> <p>(2) 溶接による割れが生ずるおそれがなく、かつ、健全な溶接部の確保に有害な溶込み不良その他の欠陥がないことを非破壊試験により確認したものであること。</p> <p>(3) 適切な強度を有するものであること。</p> <p>(4) 機械試験その他の評価方法により適切な溶接施工法、溶接設備及び技能を有する溶接士であることをあらかじめ確認したものにより溶接したものであること。</p>	<p>また、蒸気タービンの付属設備のうち、主要な耐圧部の溶接部については、次のとおりとし、溶接事業者検査により適用基準及び適用規格に適合していることを確認する。</p> <p>(1) 不連続で特異な形状でないものであること。</p> <p>(2) 溶接による割れが生ずるおそれがなく、かつ、健全な溶接部の確保に有害な溶込み不良その他の欠陥がないことを非破壊試験により確認したものであること。</p> <p>(3) 適切な強度を有するものであること。</p> <p>(4) 機械試験その他の評価方法により適切な溶接施工法、溶接設備及び技能を有する溶接士であることをあらかじめ確認したものにより溶接したものであること。</p> <p>【31条14】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>なお、主要な耐圧部の溶接部とは、蒸気タービンに係る蒸気だめ又は熱交換器のうち水用の容器又は管であって、最高使用温度 100 °C未満のものについては、最高使用圧力 1960 kPa、それ以外の容器については、最高使用圧力 98 kPa、水用の管以外の管については、最高使用圧力 980 kPa（長手継手の部分にあつては、490 kPa）以上の圧力が加えられる部分について溶接を必要とするものをいう。また、蒸気タービンに係る外径 150 mm 以上の管のうち、耐圧部について溶接を必要とするものをいう。</p> <p>蒸気タービンの付属設備の機器仕様は、運転中に想定される最大の圧力・温度、必要な容量等を考慮した設計とする。</p>	<p>なお、主要な耐圧部の溶接部とは、蒸気タービンに係る蒸気だめ又は熱交換器のうち水用の容器又は管であって、最高使用温度 100 °C未満のものについては、最高使用圧力 1960 kPa、それ以外の容器については、最高使用圧力 98 kPa、水用の管以外の管については、最高使用圧力 980 kPa（長手継手の部分にあつては、490 kPa）以上の圧力が加えられる部分について溶接を必要とするものをいう。また、蒸気タービンに係る外径 150 mm 以上の管のうち、耐圧部について溶接を必要とするものをいう。</p> <p>【31条15】</p> <p>蒸気タービンの付属設備の機器仕様は、運転中に想定される最大の圧力・温度、必要な容量等を考慮した設計とする。</p> <p>【31条16】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>給水処理系のうち、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク、多目的タンク及び純水貯蔵タンクは、東海発電所と共用とするが、必要な容量をそれぞれ確保するとともに、接続部の弁を閉操作することにより隔離できる設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。</p>	<p>給水処理系のうち、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク、多目的タンク及び純水貯蔵タンクは、東海発電所と共用とするが、必要な容量をそれぞれ確保するとともに、接続部の弁を閉操作することにより隔離できる設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。</p> <p>【15条12】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
2. 主要対象設備 蒸気タービンの対象となる主要な設備について、「表1 蒸気タービンの主要設備リスト」に示す。	2. 主要対象設備 蒸気タービンの対象となる主要な設備について、「表1 蒸気タービンの主要設備リスト」に示す。	—	— (「主要設備リスト」による)

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-4 【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（計測制御系統施
設）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：計測制御系統施設】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子力設備に関する技術基準を定める省令」, 「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	－	－ (用語の定義のみ)
第1章 共通項目 計測制御系統施設の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	第1章 共通項目 計測制御系統施設の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	－	1. 共通的に適用される設計
第2章 個別項目 1. 計測制御系統施設 1.1 反応度制御系統及び原子炉停止系統共通 発電用原子炉施設には, 制御棒の挿入位置を調節することによって反応度を制御する制御棒及び制御棒駆動系, 再循環流量を調整することによって反応度を制御する再循環流量制御系の独立した原理の異なる反応度制御系統を施設し, 計画的な出力変化に伴う反応度変化を燃料要素の許容損傷限界を超えることなく制御できる能力を有する設計とする。 通常運転時の高温状態において, 独立した原子炉停止系統である制御棒及び制御棒駆動系による制御棒の炉心への挿入並びにほう酸水注入系による原子炉冷却材中へのほう酸注入は, それぞれ発電用原子炉を臨界未満にでき, かつ, 維持できる設計とする。 運転時の異常な過度変化時の高温状態においても, 制御棒及び制御棒駆動系による制御棒の炉心への挿入により, 燃料要素の許容損傷限界を超えることなく発電用原子炉を臨界未満にでき, かつ, 維持できる設計とする。	第2章 個別項目 1. 計測制御系統施設 1.1 反応度制御系統及び原子炉停止系統共通 発電用原子炉施設には, 制御棒の挿入位置を調節することによって反応度を制御する制御棒及び制御棒駆動系, 再循環流量を調整することによって反応度を制御する再循環流量制御系の独立した原理の異なる反応度制御系統を施設し, 計画的な出力変化に伴う反応度変化を燃料要素の許容損傷限界を超えることなく制御できる能力を有する設計とする。 【36条1】 通常運転時の高温状態において, 独立した原子炉停止系統である制御棒及び制御棒駆動系による制御棒の炉心への挿入並びにほう酸水注入系による原子炉冷却材中へのほう酸注入は, それぞれ発電用原子炉を臨界未満にでき, かつ, 維持できる設計とする。 【36条3】 運転時の異常な過度変化時の高温状態においても, 制御棒及び制御棒駆動系による制御棒の炉心への挿入により, 燃料要素の許容損傷限界を超えることなく発電用原子炉を臨界未満にでき, かつ, 維持できる設計とする。 【36条4】	－	－ (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
<p>設置(変更)許可を受けた原子炉冷却材喪失その他の設計基準事故時の評価において、制御棒及び制御棒駆動系は、原子炉スクラム信号によって、水圧制御ユニットアキュムレータの圧力により制御棒を緊急挿入できる設計とするとともに、制御棒が確実に挿入され、炉心を臨界未満にでき、かつ、それを維持できる設計とする。</p>	<p>設置(変更)許可を受けた原子炉冷却材喪失その他の設計基準事故時の評価において、制御棒及び制御棒駆動系は、原子炉スクラム信号によって、水圧制御ユニットアキュムレータの圧力により制御棒を緊急挿入できる設計とするとともに、制御棒が確実に挿入され、炉心を臨界未満にでき、かつ、それを維持できる設計とする。</p> <p>【36条6】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>制御棒及びほう酸水は、通常運転時における圧力、温度及び放射線に起因する最も厳しい条件において、必要な耐放射線性、寸法安定性、耐熱性、核性質、耐食性及び化学的安定性を保持する設計とする。</p>	<p>制御棒及びほう酸水は、通常運転時における圧力、温度及び放射線に起因する最も厳しい条件において、必要な耐放射線性、寸法安定性、耐熱性、核性質、耐食性及び化学的安定性を保持する設計とする。</p> <p>【36条10】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>1.2 制御棒及び制御棒駆動系</p> <p>制御棒は、最大の反応度価値を持つ制御棒 1 本が完全に炉心の外に引き抜かれていて、その他の制御棒が全挿入の場合、高温状態及び低温状態において常に炉心を臨界未満にできる設計とする。また、発電用原子炉運転中に、完全に挿入されている制御棒を除く、他のいずれかの制御棒が動作不能となった場合は、動作可能な制御棒のうち最大反応度価値を有する制御棒 1 本が完全に炉心の外に引き抜かれた状態でも、他のすべての動作可能な制御棒により、高温状態及び低温状態において炉心を臨界未満に保持できることを評価確認し、確認できない場合には、発電用原子炉を停止するように保安規定に定めて管理する。</p> <p>反応度が大きく、かつ急激に投入される事象による影響を小さくするため、制御棒の落下速度を設置(変更)許可を受けた「制御棒落下」の評価で想定した落下速度に制御棒落下速度リミッタにより制限することで、制御棒引き抜きによる反応度添加率を抑制する。また、「原子炉起動時における制御棒の異常な引き抜き」の評価で想定した制御棒引き抜き速度に制限するとともに、零出力ないし低出力においては、運転員の制御棒引抜操作を規制する補助機能として、制御棒価値ミニマイザ</p>	<p>1.2 制御棒及び制御棒駆動系</p> <p>制御棒は、最大の反応度価値を持つ制御棒 1 本が完全に炉心の外に引き抜かれていて、その他の制御棒が全挿入の場合、高温状態及び低温状態において常に炉心を臨界未満にできる設計とする。また、発電用原子炉運転中に、完全に挿入されている制御棒を除く、他のいずれかの制御棒が動作不能となった場合は、動作可能な制御棒のうち最大反応度価値を有する制御棒 1 本が完全に炉心の外に引き抜かれた状態でも、他のすべての動作可能な制御棒により、高温状態及び低温状態において炉心を臨界未満に保持できることを評価確認し、確認できない場合には、発電用原子炉を停止するように保安規定に定めて管理する。</p> <p>【36条8】</p> <p>反応度が大きく、かつ急激に投入される事象による影響を小さくするため、制御棒の落下速度を設置(変更)許可を受けた「制御棒落下」の評価で想定した落下速度に制御棒落下速度リミッタにより制限することで、制御棒引き抜きによる反応度添加率を抑制する。また、「原子炉起動時における制御棒の異常な引き抜き」の評価で想定した制御棒引き抜き速度に制限するとともに、零出力ないし低出力においては、運転員の制御棒引抜操作を規制する補助機能として、制御棒価値ミニマイザ</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>を設けることで、制御棒の最大反応度値を抑制する。さらに、中性子束高による原子炉スクラム信号を設ける設計とする。これらにより、想定される反応度投入事象発生時に燃料の最大エンタルピや発電用原子炉圧力の上昇を低く抑え、原子炉冷却材圧力バウンダリを破損せず、かつ、炉心の冷却機能を損なうような炉心、炉心支持構造物及び原子炉圧力容器内部構造物の破損を生じさせない設計とする。なお、制御棒引抜手順については、保安規定に定めて管理する。</p>	<p>を設けることで、制御棒の最大反応度値を抑制する。さらに、中性子束高による原子炉スクラム信号を設ける設計とする。これらにより、想定される反応度投入事象発生時に燃料の最大エンタルピや発電用原子炉圧力の上昇を低く抑え、原子炉冷却材圧力バウンダリを破損せず、かつ、炉心の冷却機能を損なうような炉心、炉心支持構造物及び原子炉圧力容器内部構造物の破損を生じさせない設計とする。なお、制御棒引抜手順については、保安規定に定めて管理する。</p> <p>【36条9】</p>		
<p>制御棒及び制御棒駆動系は、通常運転時及び運転時の異常な過渡変化時における低温状態において、キセノン崩壊による反応度添加及び高温状態から低温状態までの反応度添加を制御し、低温状態で炉心を未臨界に移行して維持できる設計とする。</p>	<p>制御棒及び制御棒駆動系は、通常運転時及び運転時の異常な過渡変化時における低温状態において、キセノン崩壊による反応度添加及び高温状態から低温状態までの反応度添加を制御し、低温状態で炉心を未臨界に移行して維持できる設計とする。</p> <p>【36条5】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>制御棒は、十字形に組み合わせたステンレス鋼製のU字型シースの中に中性子吸収材を納めたものであり、各制御棒は4体の燃料体の中央に、炉心全体にわたって一様に配置する設計とする。</p> <p>制御棒の下端には制御棒落下速度リミッタを設けるとともに、制御棒の駆動は、ピストン上部又は下部に駆動水を供給することにより、原子炉圧力容器底部から行う設計とする。</p> <p>通常駆動時は、駆動水ポンプにより加圧された駆動水で駆動し、原子炉緊急停止時は、各々の制御棒駆動機構ごとに設ける水圧制御ユニットアキュムレータの高圧室素により加圧された駆動水を供給することで制御棒を駆動する設計とする。</p>	<p>制御棒は、十字形に組み合わせたステンレス鋼製のU字型シースの中に中性子吸収材を納めたものであり、各制御棒は4体の燃料体の中央に、炉心全体にわたって一様に配置する設計とする。</p> <p>制御棒の下端には制御棒落下速度リミッタを設けるとともに、制御棒の駆動は、ピストン上部又は下部に駆動水を供給することにより、原子炉圧力容器底部から行う設計とする。</p> <p>通常駆動時は、駆動水ポンプにより加圧された駆動水で駆動し、原子炉緊急停止時は、各々の制御棒駆動機構ごとに設ける水圧制御ユニットアキュムレータの高圧室素により加圧された駆動水を供給することで制御棒を駆動する設計とする。</p> <p>【36条11】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>原子炉冷却材の漏えいが生じた場合、その漏えい量が10mm(3/8インチ)径の配管破断に相当する量以下の場合には制御棒駆動水圧系駆動水ポンプで補給できる設計とする。</p>	<p>原子炉冷却材の漏えいが生じた場合、その漏えい量が10mm(3/8インチ)径の配管破断に相当する量以下の場合には制御棒駆動水圧系駆動水ポンプで補給できる設計とする。</p> <p>【33条9】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>制御棒駆動系は、発電用原子炉の緊急停止時に制御棒の挿入時間が、発電用原子炉の燃料及び原子炉冷却材圧力バウンダリの損傷を防ぐために適切な値となるような速度で炉心内に挿入できると、並びに通常運転時において制御棒の異常な引き抜きが発生した場合においても、燃料要素の許容損傷限界を超える駆動速度で引き抜きできない設計とする。</p> <p>なお、設置(変更)許可を受けた仕様及び運転時の異常な過渡変化並びに設計基準事故の評価で設定した制御棒の挿入時間、並びに設置(変更)許可を受けた「原子炉起動時における制御棒の異常な引き抜き」及び「出力運転中の制御棒の異常な引き抜き」の評価の条件を満足する設計とする。</p>	<p>制御棒駆動系は、発電用原子炉の緊急停止時に制御棒の挿入時間が、発電用原子炉の燃料及び原子炉冷却材圧力バウンダリの損傷を防ぐために適切な値となるような速度で炉心内に挿入できると、並びに通常運転時において制御棒の異常な引き抜きが発生した場合においても、燃料要素の許容損傷限界を超える駆動速度で引き抜きできない設計とする。</p> <p>【37条1】</p> <p>なお、設置(変更)許可を受けた仕様及び運転時の異常な過渡変化並びに設計基準事故の評価で設定した制御棒の挿入時間、並びに設置(変更)許可を受けた「原子炉起動時における制御棒の異常な引き抜き」及び「出力運転中の制御棒の異常な引き抜き」の評価の条件を満足する設計とする。</p> <p>【37条2】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>制御棒は、原子炉モード・スイッチ「停止」の位置にあるとき、原子炉モード・スイッチ「燃料取替」の位置にある場合で、燃料取替機位置が原子炉上部にあり、荷重状態のとき、原子炉モード・スイッチ「燃料取替」の位置にある場合で、引き抜かれている制御棒本数が1本のとき、原子炉モード・スイッチ「燃料取替」の位置にある場合で、スクラム水排出容器水位高によるスクラム信号がバイパスされているとき、原子炉モード・スイッチ「起動」の位置にある場合で、起動領域計装の中性子束低、中性子束高、原子炉出力ペリオド短又は動作不能のとき、原子炉モード・スイッチ「運転」の位置にある場合で、出力領域計装の中性子束低又は動作不能のとき、出力領域計装の中性子束高のときは、引き抜きを阻止できる設計とする。</p>	<p>制御棒は、原子炉モード・スイッチ「停止」の位置にあるとき、原子炉モード・スイッチ「燃料取替」の位置にある場合で、燃料取替機位置が原子炉上部にあり、荷重状態のとき、原子炉モード・スイッチ「燃料取替」の位置にある場合で、引き抜かれている制御棒本数が1本のとき、原子炉モード・スイッチ「燃料取替」の位置にある場合で、スクラム水排出容器水位高によるスクラム信号がバイパスされているとき、原子炉モード・スイッチ「起動」の位置にある場合で、起動領域計装の中性子束低、中性子束高、原子炉出力ペリオド短又は動作不能のとき、原子炉モード・スイッチ「運転」の位置にある場合で、出力領域計装の中性子束低又は動作不能のとき、出力領域計装の中性子束高のときは、引き抜きを阻止できる設計とする。</p> <p>【37条5】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>制御棒駆動機構は、各制御棒に独立して設けられたラッチ付水圧駆動ピストン形式のものであり、インデックス・チューブと駆動ピストンのアセンブリ及びラッチ機構等で構成され、制御棒の駆動動力源である駆動水ポンプによる水圧が喪失した場合においても、ラッチ機構により制御棒を現</p>	<p>制御棒駆動機構は、各制御棒に独立して設けられたラッチ付水圧駆動ピストン形式のものであり、インデックス・チューブと駆動ピストンのアセンブリ及びラッチ機構等で構成され、制御棒の駆動動力源である駆動水ポンプによる水圧が喪失した場合においても、ラッチ機構により制御棒を現</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>状位置に保持することができ、発電用原子炉の反応度を増加させる方向に作動させない設計とする。</p> <p>また、制御棒駆動機構と制御棒とはカップリングを介して容易に外れない構造とする。</p>	<p>状位置に保持することができ、発電用原子炉の反応度を増加させる方向に作動させない設計とする。</p> <p>また、制御棒駆動機構と制御棒とはカップリングを介して容易に外れない構造とする。</p> <p>【37条3】</p>		
<p>制御棒駆動系にあつては、制御棒の挿入その他の衝撃により制御棒、燃料体、その他の炉心を構成するものを損壊しない設計とする。</p>	<p>制御棒駆動系にあつては、制御棒の挿入その他の衝撃により制御棒、燃料体、その他の炉心を構成するものを損壊しない設計とする。</p> <p>【37条4】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>1.3 再循環流量制御系</p> <p>再循環流量は、再循環系ポンプの吐出側に設けられた流量制御弁の開度を調整することにより制御できる設計とする。</p> <p>また、タービン・トリップ又は発電機負荷遮断直後の原子炉出力を抑制するため、主蒸気止め弁閉又は蒸気加減弁急速閉の信号により、再循環系ポンプ2台が同時にトリップする機能を設ける設計とする。</p>	<p>1.3 再循環流量制御系</p> <p>再循環流量は、再循環系ポンプの吐出側に設けられた流量制御弁の開度を調整することにより制御できる設計とする。</p> <p>また、タービン・トリップ又は発電機負荷遮断直後の原子炉出力を抑制するため、主蒸気止め弁閉又は蒸気加減弁急速閉の信号により、再循環系ポンプ2台が同時にトリップする機能を設ける設計とする。</p> <p>【36条2】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>1.4 ほう酸水注入系</p> <p>ほう酸水注入系は、制御棒挿入による原子炉停止が不能になった場合、手動で中性子を吸収するほう酸水(五ほう酸ナトリウム)を原子炉内に注入する設備であり、単独で定格出力運転中の発電用原子炉を高温状態及び低温状態において十分臨界未満に維持できるだけの反応度効果を持つ設計とする。</p>	<p>1.4 ほう酸水注入系</p> <p>ほう酸水注入系は、制御棒挿入による原子炉停止が不能になった場合、手動で中性子を吸収するほう酸水(五ほう酸ナトリウム)を原子炉内に注入する設備であり、単独で定格出力運転中の発電用原子炉を高温状態及び低温状態において十分臨界未満に維持できるだけの反応度効果を持つ設計とする。</p> <p>【36条7】</p>	—	— (追加要求事項なし)
—	<p>運転時の異常な過渡変化時において発電用原子炉の運転を緊急に停止することができない事象が発生するおそれがある場合又は当該事象が発生した場合においても炉心の著しい損傷を防止するため、原子炉冷却材圧力バウンダリ及び原子炉格納容器の健全性を維持するとともに、発電用原子炉を未臨界に移行するために必要な重大事故等対処設備として、ほう酸水注入系を設ける設計とする。</p> <p>【59条1】</p> <p>原子炉緊急停止系の機能が喪失した場合の重大</p>	V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(計測制御系統施設)	<p>2. 計測制御系統施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>① ほう酸水注入系</p> <p>2.4 兼用を含む計測制御系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.5 各機器固有の設計</p> <p>2.6 機能を兼用する機器を含む計測制御系統施設の系統図に関する取りまとめ</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>事故等対処設備として、ほう酸水注入系は、ほう酸水注入ポンプにより、ほう酸水貯蔵タンクのほう酸水を原子炉圧力容器へ注入することで、発電用原子炉を未臨界にできる設計とする。</p> <p>【59条6】</p>		
—	<p>ほう酸水注入系の流路として、設計基準対象施設である原子炉圧力容器、炉心支持構造物及び原子炉圧力容器内部構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【59条7】</p>	<p>V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体）</p> <p>V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書</p> <p>V-3-3-2 原子炉圧力容器付属構造物の強度計算書</p> <p>V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添7 原子炉圧力容器内部構造物の強度計算書</p>	<p>2. 計測制御系統施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>① ほう酸水注入系</p> <p>2.4 兼用を含む計測制御系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.5 各機器固有の設計</p> <p>2.6 機能を兼用する機器を含む計測制御系統施設の系統図に関する取りまとめ</p>
<p>1.5 原子炉圧力制御系</p> <p>圧力制御装置は、原子炉圧力を一定に保つように、蒸気加減弁の開度を自動制御する設計とする。</p> <p>また、原子炉圧力が急上昇するような場合、タービンバイパス弁を開き、原子炉圧力の過度の上昇を防止する設計とする。</p> <p>圧力制御装置は主蒸気圧力とあらかじめ設定した圧力設定値とを比較し、圧力偏差信号を発信して、蒸気加減弁及びタービンバイパス弁の開度を制御することにより、負荷の変動その他の発電用原子炉の運転に伴う原子炉圧力容器内の圧力の変動を自動的に調整する設計とする。</p>	<p>1.5 原子炉圧力制御系</p> <p>圧力制御装置は、原子炉圧力を一定に保つように、蒸気加減弁の開度を自動制御する設計とする。</p> <p>また、原子炉圧力が急上昇するような場合、タービンバイパス弁を開き、原子炉圧力の過度の上昇を防止する設計とする。</p> <p>圧力制御装置は主蒸気圧力とあらかじめ設定した圧力設定値とを比較し、圧力偏差信号を発信して、蒸気加減弁及びタービンバイパス弁の開度を制御することにより、負荷の変動その他の発電用原子炉の運転に伴う原子炉圧力容器内の圧力の変動を自動的に調整する設計とする。</p> <p>【33条5】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>1.6 原子炉給水制御系</p> <p>原子炉給水制御系は、原子炉水位を一定に保つようにするため、原子炉給水流量、主蒸気流量及び原子炉水位の信号を取り入れ、タービン駆動原子炉給水ポンプの速度を調整することなどにより原子炉給水流量を自動的に制御できる設計とする。</p>	<p>1.6 原子炉給水制御系</p> <p>原子炉給水制御系は、原子炉水位を一定に保つようにするため、原子炉給水流量、主蒸気流量及び原子炉水位の信号を取り入れ、タービン駆動原子炉給水ポンプの速度を調整することなどにより原子炉給水流量を自動的に制御できる設計とする。</p> <p>【33条6】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>2. 計測装置等</p> <p>2.1 計測装置</p> <p>2.1.1 通常運転時及び運転時の異常な過渡変化時</p>	<p>2. 計測装置等</p> <p>2.1 計測装置</p> <p>2.1.1 通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>における計測</p> <p>計測制御系統施設は、炉心、原子炉冷却材圧力バウンダリ及び原子炉格納容器バウンダリ並びにこれらに関する系統の健全性を確保するために監視することが必要なパラメータを、通常運転時及び運転時の異常な過渡変化時においても想定される範囲内で監視できる設計とする。</p> <p>設計基準事故が発生した場合の状況把握及び対策を講じるために必要なパラメータは、設計基準事故時に想定される環境下において十分な測定範囲及び期間にわたり監視できるとともに、発電用原子炉の停止及び炉心の冷却に係るものについては、設計基準事故時においても2種類以上監視又は推定できる設計とする。</p> <p>炉心における中性子束密度を計測するため、原子炉内に設置した検出器で起動領域、出力領域の2つの領域に分けて中性子束を計測できる設計とする。</p> <p>炉周期は起動領域計装の計測結果を用いて演算できる設計とする。</p>	<p>び重大事故等時における計測</p> <p>計測制御系統施設は、炉心、原子炉冷却材圧力バウンダリ及び原子炉格納容器バウンダリ並びにこれらに関する系統の健全性を確保するために監視することが必要なパラメータを、通常運転時及び運転時の異常な過渡変化時においても想定される範囲内で監視できる設計とする。</p> <p>【34条1】</p> <p>設計基準事故が発生した場合の状況把握及び対策を講じるために必要なパラメータは、設計基準事故時に想定される環境下において十分な測定範囲及び期間にわたり監視できるとともに、発電用原子炉の停止及び炉心の冷却に係るものについては、設計基準事故時においても2種類以上監視又は推定できる設計とする。</p> <p>【34条2】</p> <p>炉心における中性子束密度を計測するため、原子炉内に設置した検出器で起動領域、出力領域の2つの領域に分けて中性子束を計測できる設計とする。</p> <p>【34条9】</p> <p>炉周期は起動領域計装の計測結果を用いて演算できる設計とする。</p> <p>【34条11】</p>		
—	<p>重大事故等が発生し、当該重大事故等に対処するために監視することが必要なパラメータとして、原子炉圧力容器内の温度、圧力及び水位、原子炉圧力容器及び原子炉格納容器への注水量、原子炉格納容器内の温度、圧力、水位、水素濃度及び酸素濃度、原子炉建屋原子炉棟内の水素濃度並びに未臨界の維持又は監視、最終ヒートシンクの確保、格納容器バイパスの監視、水源の確保に必要なパラメータを計測する装置を設ける設計とする。</p> <p>【73条2】</p>	—	— (冒頭宣言)
—	<p>重大事故等が発生し、計測機器（非常用のものを含む。）の故障により、当該重大事故等に</p>	V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（計測制御系統施設）	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.1 重大事故等対処設備に関する計測装置の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>対処するために監視することが必要なパラメータを計測することが困難となった場合において、当該パラメータを推定するために必要なパラメータを計測する設備を設置又は保管する設計とする。</p> <p>【73条1】</p> <p>重大事故等に対処するために監視することが必要なパラメータは、炉心損傷防止対策及び格納容器破損防止対策等を成功させるために必要な発電用原子炉施設の状態を把握するためのパラメータとし、計測する装置は「表1 計測制御系統施設の主要設備リスト」の「計測装置」に示す重大事故等対処設備の他、フィルタ装置水位（個数2、計測範囲180～5500 mm）、フィルタ装置圧力（個数1、計測範囲0～1 MPa）、フィルタ装置スクラビング水温度（個数1、計測範囲0～300℃）、フィルタ装置入口水素濃度（個数2、計測範囲0～100%）、残留熱除去系海水系系統流量（個数2、計測範囲0～550 L/s）、緊急用海水系流量（残留熱除去系熱交換器）（個数1、計測範囲0～800 m³/h）、緊急用海水系流量（残留熱除去系補機）（個数1、計測範囲0～50 m³/h）、常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力（個数1、計測範囲0～10 MPa）、常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力（個数2、計測範囲0～5 MPa）、代替循環冷却系ポンプ吐出圧力（個数2、計測範囲0～5 MPa）、原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力（個数1、計測範囲0～10 MPa）、高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力（個数1、計測範囲0～10 MPa）、残留熱除去系ポンプ吐出圧力（個数3、計測範囲0～4 MPa）、低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力（個数1、計測範囲0～4 MPa）、静的触媒式水素再結合器動作監視装置（個数4、計測範囲0～300℃）とする。</p> <p>【73条3】</p>	<p>V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3.1 計測装置の構成</p> <p>4. 計測装置の計測範囲及び警報動作範囲</p>	<p>a. 計測装置の計測範囲に関する設計</p> <p>c. 計測装置の構成の設計</p>
—	<p>発電用原子炉施設の状態を直接監視することはできないが、電源設備の受電状態、重大事故等対処設備の運転状態及びその他の設備の</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>3.3 計測制御系統施設</p>	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.1 重大事故等対処設備に関する計測装置の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>運転状態により発電用原子炉施設の状態を補助的に監視するパラメータを補助パラメータとし、その補助パラメータのうち重大事故等対処設備を活用する手順の着手の判断基準として使用するM/C 2C電圧, M/C 2D電圧, M/C HPCS電圧, P/C 2C電圧, P/C 2D電圧, 緊急用M/C電圧, 緊急用P/C電圧, 直流125V系主母線盤2A電圧, 直流125V系主母線盤2B電圧, 直流125V主母線盤HPCS電圧, 直流±24V中性子モニタ用分電盤2A電圧, 直流±24V中性子モニタ用分電盤2B電圧, 緊急用直流125V主母線盤電圧, 非常用窒素供給系供給圧力, 非常用窒素供給系高圧窒素ポンベ圧力, 非常用逃がし安全弁駆動系供給圧力, 非常用逃がし安全弁駆動系高圧窒素ポンベ圧力を計測する装置は、重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【73条5】</p>		
—	<p>2.1.2 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の計測</p> <p>水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための設備のうち、炉心の著しい損傷が発生した場合において、原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度が変動する可能性のある範囲にわたり測定できる設備として、格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)を設ける設計とする。</p> <p>【67条3】</p> <p>格納容器内水素濃度(SA)及び格納容器内酸素濃度(SA)は、格納容器内雰囲気ガスサンプリング装置(圧縮機吐出圧力0.73MPa以上、圧縮機容量5.25L/min以上、冷却器容量35.7kJ/h以上、窒素ポンベ個数4以上、空調機容量□kW以上)により原子炉格納容器内の雰囲気ガスを原子炉建屋原子炉棟内へ導き、検出器で測定することで、原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度を中央制御室より監視できる設計とする。</p> <p>【67条17】【73条3-1】</p>	<p>V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(計測制御系統施設)</p> <p>V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書(別添)</p> <p>V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3.1 計測装置の構成</p> <p>4. 計測装置の計測範囲及び警報動作範囲</p>	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.1 重大事故等対処設備に関する計測装置の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>a. 計測装置の計測範囲に関する設計</p> <p>c. 計測装置の構成の設計</p> <p>4. 格納容器内雰囲気ガスサンプリング装置に関する設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>格納容器内水素濃度 (S A) 及び格納容器内酸素濃度 (S A) は、常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備から給電が可能な設計とする。</p> <p>【67 条 18】</p>	<p>V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>3.1 計測装置の構成</p>	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.1 重大事故等対処設備に関する計測装置の設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>b. 電源給電に関する設計</p>
—	<p>2.1.3 格納容器フィルタベント設備排気経路内の水素濃度の計測</p> <p>格納容器圧力逃がし装置の排出経路における水素濃度を測定し、監視できるよう、水素が蓄積する可能性のある排出経路の配管頂部にフィルタ装置入口水素濃度 (個数 2, 計測範囲 0~100 %) を設ける設計とする。</p> <p>【67 条 11】</p>	<p>V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3.1 計測装置の構成</p> <p>4. 計測装置の計測範囲及び警報動作範囲</p>	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.1 重大事故等対処設備に関する計測装置の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>a. 計測装置の計測範囲に関する設計</p> <p>c. 計測装置の構成の設計</p>
—	<p>フィルタ装置入口水素濃度は、常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備から給電が可能な設計とする。</p> <p>【67 条 13】</p>	<p>V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>3.1 計測装置の構成</p>	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.1 重大事故等対処設備に関する計測装置の設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>b. 電源給電に関する設計</p>
—	<p>2.1.4 原子炉格納容器から原子炉建屋原子炉棟に漏えいした水素濃度の計測</p> <p>炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉建屋等の水素爆発による損傷を防止するために原子炉建屋原子炉棟内の水素濃度が変動する可能性のある範囲にわたり測定できる監視設備として、原子炉建屋水素濃度を設ける設計とする。</p> <p>【68 条 1】</p> <p>原子炉建屋水素濃度は、中央制御室において連続監視できる設計とする。</p> <p>【68 条 11】</p>	<p>V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (計測制御系統施設)</p> <p>V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3.1 計測装置の構成</p> <p>4. 計測装置の計測範囲及び警報動作範囲</p>	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.1 重大事故等対処設備に関する計測装置の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>a. 計測装置の計測範囲に関する設計</p> <p>c. 計測装置の構成の設計</p>
—	<p>原子炉建屋水素濃度のうち、原子炉建屋原子炉棟 6 階に設置するものについては、常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備から給電が可能な設計とし、原子炉建屋原子炉棟 6 階を除く原子炉建屋原子炉棟に設置するものについては、常設代替直流電源設備又は可搬型代替直流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【68 条 12】</p>	<p>V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>3.1 計測装置の構成</p>	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.1 重大事故等対処設備に関する計測装置の設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>b. 電源給電に関する設計</p>
—	<p>2.1.5 静的触媒式水素再結合器の作動状態監視</p>	<p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する</p>	<p>V-1-10-8 「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉建屋等の水素爆発による損傷を防止するために原子炉建屋原子炉棟内の水素濃度上昇を抑制し、水素濃度を可燃限界未満に制御するための重大事故等対処設備として、水素濃度制御設備である静的触媒式水素再結合器動作監視装置を設ける設計とする。</p> <p>【68条1】 静的触媒式水素再結合器動作監視装置（個数4、計測範囲0～300℃、検出器種類熱電対）は、静的触媒式水素再結合器の入口側及び出口側の温度により静的触媒式水素再結合器の作動状態を中央制御室から監視できる設計とし、重大事故等時において測定可能なよう耐環境性を有した熱電対を使用する。</p> <p>【68条9】</p>	<p>る説明書</p> <p>2.2.2 静的触媒式水素再結合器</p> <p>4.2.2 静的触媒式水素再結合器</p>	<p>3.3 原子炉建屋等の破損を防止するための水素濃度低減設備の設計</p> <p>(1) 原子炉建屋等の破損を防止するための水素濃度低減設備のうち、静的触媒式水素再結合器の設計</p> <p>a. 設備仕様に係る設計</p> <p>(d) 静的触媒式水素再結合器動作監視装置</p>
—	<p>静的触媒式水素再結合器動作監視装置は、常設代替直流電源設備又は可搬型代替直流電源設備から給電が可能な設計とする。</p> <p>【68条10】</p>	<p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>4.3 水素濃度低減設備に係る電源</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計</p> <p>3.3 原子炉建屋等の破損を防止するための水素濃度低減設備の設計</p> <p>(1) 原子炉建屋等の破損を防止するための水素濃度低減設備のうち、静的触媒式水素再結合器の設計</p> <p>a. 設備仕様に係る設計</p> <p>(e) 静的触媒式水素再結合器動作監視装置への電源給電に関する設計</p>
<p>2.2 警報装置等</p> <p>設計基準対象施設は、発電用原子炉施設の機械又は器具の機能の喪失、誤操作その他の異常により発電用原子炉の運転に著しい支障を及ぼすおそれが発生した場合（中性子束、温度、圧力、流量等のプロセス変数が異常値になった場合、発電用原子炉施設の安全性に関連する設備が動作した場合等）に、これらを確実に検出して自動的に警報（原子炉水位低又は高、原子炉圧力高、中性子束高等）を発信する装置を設けるとともに、表示ランプの点灯及びブザー鳴動等により運転員に通報できる設計とする。</p> <p>発電用原子炉並びに原子炉冷却系統に係る主要</p>	<p>2.2 警報装置等</p> <p>設計基準対象施設は、発電用原子炉施設の機械又は器具の機能の喪失、誤操作その他の異常により発電用原子炉の運転に著しい支障を及ぼすおそれが発生した場合（中性子束、温度、圧力、流量等のプロセス変数が異常値になった場合、発電用原子炉施設の安全性に関連する設備が動作した場合等）に、これらを確実に検出して自動的に警報（原子炉水位低又は高、原子炉圧力高、中性子束高等）を発信する装置を設けるとともに、表示ランプの点灯及びブザー鳴動等により運転員に通報できる設計とする。</p> <p>【47条1】 発電用原子炉並びに原子炉冷却系統に係る主要</p>	—	<p>—</p> <p>(追加要求事項なし)</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
な機械又は器具の動作状態を正確、かつ迅速に把握できるようポンプの運転停止状態及び弁の開閉状態等を表示灯により監視できる設計とする。	な機械又は器具の動作状態を正確、かつ迅速に把握できるようポンプの運転停止状態及び弁の開閉状態等を表示灯により監視できる設計とする。 【47条5】		
<p>2.3 計測結果の表示、記録及び保存</p> <p>発電用原子炉の停止及び炉心の冷却並びに放射性物質の閉じ込めの機能の状況を監視するために必要なパラメータは、設計基準事故時においても確実に記録できる設計とする。</p> <p>設計基準対象施設として、炉心における中性子束密度を計測するための計測装置、原子炉压力容器の入口及び出口における流量を計測するための主蒸気流量及び給水流量を計測する装置、原子炉压力容器内の水位を計測するための原子炉水位及び原子炉水位（広帯域）を計測する装置、原子炉格納容器内の圧力、温度及び可燃性ガスの濃度を計測するためのドライウエル圧力、サプレッション・チェンバ圧力、ドライウエル雰囲気温度、サプレッション・チェンバ雰囲気温度、格納容器内水素濃度及び格納容器内酸素濃度を計測する装置を設け、これらの計測装置は計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また、計測結果を記録できる設計とする。</p> <p>制御棒の位置を計測する装置並びに原子炉压力容器の入口及び出口における圧力及び温度を計測するための給水圧力、給水温度、主蒸気圧力及び主蒸気温度を計測する装置を設け、これらの計測装置は計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また、記録はプロセス計算機から帳票として出力できる設計とする。</p> <p>原子炉冷却材の不純物の濃度は、試料採取設備により断続的に試料を採取し分析を行い、測定結果を記録する。</p>	<p>2.3 計測結果の表示、記録及び保存</p> <p>発電用原子炉の停止及び炉心の冷却並びに放射性物質の閉じ込めの機能の状況を監視するために必要なパラメータは、設計基準事故時においても確実に記録し、保存できる設計とする。</p> <p>【34条3】</p> <p>設計基準対象施設として、炉心における中性子束密度を計測するための計測装置、原子炉压力容器の入口及び出口における流量を計測するための主蒸気流量及び給水流量を計測する装置、原子炉压力容器内の水位を計測するための原子炉水位及び原子炉水位（広帯域）を計測する装置、原子炉格納容器内の圧力、温度及び可燃性ガスの濃度を計測するためのドライウエル圧力、サプレッション・チェンバ圧力、ドライウエル雰囲気温度、サプレッション・チェンバ雰囲気温度、格納容器内水素濃度及び格納容器内酸素濃度を計測する装置を設け、これらの計測装置は計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また、計測結果を記録し、及び保存できる設計とする。</p> <p>【34条10】【34条14】【34条16】【34条17】</p> <p>制御棒の位置を計測する装置並びに原子炉压力容器の入口及び出口における圧力及び温度を計測するための給水圧力、給水温度、主蒸気圧力及び主蒸気温度を計測する装置を設け、これらの計測装置は計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また、記録はプロセス計算機から帳票として出力し保存できる設計とする。</p> <p>【34条12】【34条15】</p> <p>原子炉冷却材の不純物の濃度は、試料採取設備により断続的に試料を採取し分析を行い、測定結果を記録し、及び保存する。</p> <p>【34条13】</p>	<p>V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.1 設計基準対象施設に関する計測</p> <p>3.2 計測装置の計測結果の表示、記録及び保存</p>	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.2 設計基準対象施設に関する計測装置の設計</p> <p>(1) 計測結果の記録及び保存</p>
—	炉心損傷防止対策及び格納容器破損防止対策等を成功させるために必要な発電用原子炉施設の状	V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.1 重大事故等対処設備に関する計測装置の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>態を把握するためのパラメータを計測する装置は、設計基準事故等に想定される変動範囲の最大値を考慮し、適切に対応するための計測範囲を有する設計とするとともに、重大事故等が発生し、当該重大事故等に対処するために監視することが必要な原子炉圧力容器内の温度、圧力及び水位並びに原子炉圧力容器及び原子炉格納容器への注水量等のパラメータの計測が困難となった場合又は計測範囲を超えた場合に、代替パラメータにより推定ができる設計とする。</p> <p>【73条7】</p>	<p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>4. 計測装置の計測範囲及び警報動作範囲</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>3.2 計測制御系統施設</p>	<p>a. 計測装置の計測範囲に関する設計</p>
	<p><u>また、重大事故等時に設計基準を超える状態における発電用原子炉施設の状態を把握するための能力（最高計測可能温度等（設計基準最大値等））を明確にするとともに、パラメータの計測が困難となった場合又は計測範囲を超えた場合の代替パラメータによる推定等、複数のパラメータの中から確からしさを考慮した優先順位を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【73条6】【73条8】</p> <p>原子炉格納容器内の温度、圧力、水位、水素濃度等想定される重大事故等の対応に必要なパラメータは、計測又は監視できる設計とする。また、計測結果は中央制御室に指示又は表示し、記録できる設計とする。</p> <p>【73条11】</p> <p>重大事故等の対応に必要なパラメータは、安全パラメータ表示システム（SPDS）のうち緊急時対策支援システム伝送装置にて電磁的に記録、保存し、電源喪失により保存した記録が失われなるとともに帳票が出力できる設計とする。また、記録は必要な容量を保存できる設計とする。</p> <p>【73条12】</p>	<p>V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3.1 計測装置の構成</p> <p>3.2 計測装置の計測結果の表示、記録及び保存</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応。</p>	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.1 重大事故等対処設備に関する計測装置の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>a. 計測装置の計測範囲に関する設計</p> <p>b. 計測結果の表示、記録及び保存に関する設計</p> <p><下線部></p> <p>—</p>
	<p>2.4 電源喪失時の計測</p> <p>炉心損傷防止対策及び格納容器破損防止対策等を成功させるために必要な発電用原子炉施設の状態を把握するためのパラメータを計測する装置の電源は、非常用交流電源設備又は非常用直流電源設備の喪失等により計器電源が喪失した場合にお</p>	<p>V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>3.1 計測装置の構成</p>	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.1 重大事故等対処設備に関する計測装置の設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>b. 電源給電に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>いて、代替電源設備として常設代替交流電源設備、可搬型代替交流電源設備、所内常設直流電源設備、常設代替直流電源設備又は可搬型代替直流電源設備を使用できる設計とする。</p> <p>【73条9】</p>		
	<p>また、代替電源設備が喪失し計測に必要な計器電源が喪失した場合、特に重要なパラメータとして、炉心損傷防止対策及び格納容器破損防止対策等を成功させるために必要な発電用原子炉施設の状態を把握するためのパラメータを計測する装置については、温度、圧力、水位及び流量に係るものについて、乾電池を電源とした可搬型計測器（原子炉圧力容器及び原子炉格納容器内の温度、圧力、水位及び流量（注水量）計測用）（個数20（予備20））及び可搬型計測器（原子炉圧力容器及び原子炉格納容器内の圧力、水位及び流量（注水量）計測用）（個数19（予備19））により計測できる設計とし、これらを保管する設計とする。</p> <p>【73条10】</p>	<p>V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3.1 計測装置の構成</p> <p>4. 計測装置の計測範囲及び警報動作範囲</p>	<p>3. 計測装置の設計</p> <p>3.1 重大事故等対処設備に関する計測装置の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>a. 計測装置の計測範囲に関する設計</p> <p>c. 計測装置の構成の設計</p>
<p>3. 安全保護装置等</p> <p>3.1 安全保護装置</p> <p>3.1.1 安全保護装置の機能及び構成</p> <p>安全保護装置は、運転時の異常な過渡変化が発生する場合又は地震の発生により発電用原子炉の運転に支障が生ずる場合において、その異常な状態を検知し及び原子炉緊急停止系その他系統と併せて機能することにより、燃料要素の許容損傷限界を超えないようにできるものとするとともに、設計基準事故が発生する場合において、その異常な状態を検知し、原子炉緊急停止系及び工学的安全施設を自動的に作動させる設計とする。</p> <p>運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故時に対処し得る複数の原子炉緊急停止信号及び工学的安全施設作動信号を設ける設計とする。</p> <p>なお、安全保護装置は設置（変更）許可を受</p>	<p>3. 安全保護装置等</p> <p>3.1 安全保護装置</p> <p>3.1.1 安全保護装置の機能及び構成</p> <p>安全保護装置は、運転時の異常な過渡変化が発生する場合又は地震の発生により発電用原子炉の運転に支障が生ずる場合において、その異常な状態を検知し及び原子炉緊急停止系その他系統と併せて機能することにより、燃料要素の許容損傷限界を超えないようにできるものとするとともに、設計基準事故が発生する場合において、その異常な状態を検知し、原子炉緊急停止系及び工学的安全施設を自動的に作動させる設計とする。</p> <p>【35条1】</p> <p>運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故時に対処し得る複数の原子炉緊急停止信号及び工学的安全施設作動信号を設ける設計とする。</p> <p>【35条2】</p> <p>なお、安全保護装置は設置（変更）許可を受</p>	<p>計測制御系統施設 要目表</p> <p>V-1-5-2 原子炉非常停止信号の設定値の根拠に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 施設の詳細設計方針</p> <p>4. 原子炉非常停止信号の設定値の根拠</p> <p>V-1-5-3 工学的安全施設等の起動（作動）信号の設定値の根拠に関する説明書</p> <p>2.1 工学的安全施設</p> <p>3.1 工学的安全施設</p> <p>4.1 工学的安全施設</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>6. 原子炉非常停止信号及び工学的安全施設等の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>a. 原子炉非常停止信号及び工学的安全施設作動信号に関する設計</p> <p>b. ATWS緩和設備に関する設計</p> <p>c. 過渡時自動減圧機能に関する設計</p> <p>d. 自動減圧機能作動阻止に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
けた運転時の異常な過渡変化の評価の条件を満足する設計とする。	けた運転時の異常な過渡変化の評価の条件を満足する設計とする。 【35条3】		
<p>安全保護装置を構成する機械若しくは器具又はチャンネルは、単一故障が起きた場合又は使用状態からの単一の取り外しを行った場合において、安全保護機能を失わないよう、多重性を確保する設計とする。</p> <p>安全保護装置を構成するチャンネルは、それぞれ互いに分離し、それぞれのチャンネル間において安全保護機能を失わないよう物理的、電氣的に分離し、独立性を確保する設計とする。</p> <p>また、各チャンネルの電源は、分離、独立した母線から供給する設計とする。</p>	<p>安全保護装置を構成する機械若しくは器具又はチャンネルは、単一故障が起きた場合又は使用状態からの単一の取り外しを行った場合において、安全保護機能を失わないよう、多重性を確保する設計とする。</p> <p>【35条4】</p> <p>安全保護装置を構成するチャンネルは、それぞれ互いに分離し、それぞれのチャンネル間において安全保護機能を失わないよう物理的、電氣的に分離し、独立性を確保する設計とする。</p> <p>【35条5】</p> <p>また、各チャンネルの電源は、分離、独立した母線から供給する設計とする。</p> <p>【35条6】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>安全保護装置は、駆動源の喪失、系統の遮断その他の不利な状況が発生した場合においても、フェイル・セーフとすることで発電用原子炉施設をより安全な状態に移行するか、又は当該状態を維持することにより、発電用原子炉施設の安全上支障がない状態を維持できる設計とする。</p> <p>計測制御系統施設の一部を安全保護装置と共用する場合には、その安全機能を失わないよう、計測制御系統施設から機能的に分離した設計とする。</p> <p>また、運転条件に応じて作動設定値を変更できる設計とする。</p>	<p>安全保護装置は、駆動源の喪失、系統の遮断その他の不利な状況が発生した場合においても、フェイル・セーフとすることで発電用原子炉施設をより安全な状態に移行するか、又は当該状態を維持することにより、発電用原子炉施設の安全上支障がない状態を維持できる設計とする。</p> <p>【35条7】</p> <p>計測制御系統施設の一部を安全保護装置と共用する場合には、その安全機能を失わないよう、計測制御系統施設から機能的に分離した設計とする。</p> <p>【35条10】</p> <p>また、運転条件に応じて作動設定値を変更できる設計とする。</p> <p>【35条13】</p>	—	— (追加要求事項なし)
非常用炉心冷却設備その他の非常時に発電用原子炉の安全を確保するための設備を運転中に試験する場合に使用する電動弁用電動機の熱的過負荷保護装置は、設計基準事故時において不要な作動をしないようにできる設計	非常用炉心冷却設備その他の非常時に発電用原子炉の安全を確保するための設備を運転中に試験する場合に使用する電動弁用電動機の熱的過負荷保護装置は、設計基準事故時において不要な作動をしないようにできる設計	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
とする。	とする。 【38条6】		
—	<p>3.1.2 安全保護装置の不正アクセス行為等の被害の防止</p> <p>安全保護装置のうち、アナログ回路で構成する機器は、外部ネットワークとの物理的分離及び機能的分離、外部ネットワークからの遠隔操作防止並びに物理的及び電氣的アクセスの制限を設け、システムの据付、更新、試験、保守等で、承認されていない者の操作を防止する措置を講じることで、不正アクセス行為その他の電子計算機に使用目的に沿うべき動作をさせず、又は使用目的に反する動作をさせる行為による被害を防止できる設計とする。</p> <p>安全保護装置のうち、一部デジタル演算処理を行う機器は、外部ネットワークと物理的分離及び機能的分離、外部ネットワークからの遠隔操作防止及びウイルス等の侵入防止並びに物理的及び電氣的アクセスの制限を設け、システムの据付、更新、試験、保守等で、承認されていない者の操作及びウイルス等の侵入を防止する措置を講じることで、不正アクセス行為その他の電子計算機に使用目的に沿うべき動作をさせず、又は使用目的に反する動作をさせる行為による被害を防止できる設計とする。</p> <p>【35条8】</p> <p><u>安全保護装置が収納された盤の施錠によりハードウェアを直接接続させない措置を実施すること及び安全保護装置のうち一部デジタル演算処理を行う機器のソフトウェアは設計、製作、試験及び変更管理の各段階で検証と妥当性確認を適切に行うことを保安規定に定め、不正アクセスを防止する。</u></p> <p>【35条9】</p>	<p>V-1-5-1 計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.1 設計基準対象施設に関する計測</p> <p>3.3 安全保護装置</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応。</p>	<p>5. 安全保護装置の不正アクセス防止の設計</p> <p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>3.2 ATWS緩和設備（代替制御棒挿入機能）</p> <p>運転時の異常な過渡変化時において発電用原子炉の運転を緊急に停止することができない事象が</p>	<p>V-1-5-3 工学的安全施設等の起動（作動）信号の設定値の根拠に関する説明書</p> <p>2.2 その他の工学的安全施設</p>	<p>2. 計測制御系統施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>発生するおそれがある場合又は当該事象が発生した場合においても炉心の著しい損傷を防止するため、原子炉冷却材圧力バウンダリ及び原子炉格納容器の健全性を維持するとともに、発電用原子炉を未臨界に移行するために必要な重大事故等対処設備として、ATWS緩和設備（代替制御棒挿入機能）を設ける設計とする。</p> <p>【59条1】</p> <p>発電用原子炉が運転を緊急に停止していなければならぬ状況にもかかわらず、原子炉出力、原子炉圧力等のパラメータの変化から緊急停止していないことが推定される場合の重大事故等対処設備として、ATWS緩和設備（代替制御棒挿入機能）は、原子炉圧力高又は原子炉水位異常低下（レベル2）の信号により、全制御棒を全挿入させて発電用原子炉を未臨界にできる設計とする。また、ATWS緩和設備（代替制御棒挿入機能）は、中央制御室の操作スイッチを手動で操作することで作動させることができる設計とする。</p> <p>【59条3】</p>	<p>3.2 その他の工学的安全施設</p> <p>4.2 その他の工学的安全施設</p> <p>V-1-5-4 発電用原子炉の運転を管理するための制御装置に係る制御方法に関する説明書</p> <p>3.4.4 安全保護系（原子炉緊急停止系作動回路及び工学的安全施設作動回路）及びその他の工学的安全施設等の作動設備</p>	<p>③ 工学的安全施設等の起動信号</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ ATWS緩和設備（代替制御棒挿入機能） <p>2.4 兼用を含む計測制御系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>6. 原子炉非常停止信号及び工学的安全施設等の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>b. ATWS緩和設備に関する設計</p>
—	<p>3.3 ATWS緩和設備（代替再循環系ポンプトリップ機能）</p> <p>運転時の異常な過渡変化時において発電用原子炉の運転を緊急に停止することができない事象が発生するおそれがある場合又は当該事象が発生した場合においても炉心の著しい損傷を防止するため、原子炉冷却材圧力バウンダリ及び原子炉格納容器の健全性を維持するとともに、発電用原子炉を未臨界に移行するために必要な重大事故等対処設備として、ATWS緩和設備（代替再循環系ポンプトリップ機能）を設ける設計とする。</p> <p>【59条1】</p> <p>発電用原子炉が運転を緊急に停止していなければならぬ状況にもかかわらず、原子炉出力、原子炉圧力等のパラメータの変化から緊急停止していないことが推定される場合の重大事故等対処設備として、ATWS緩和設備（代替再循環系ポンプトリップ機能）は、原子炉圧力高又は原子炉水位異常低下（レベル2）の信号により再循環系ポンプ2台</p>	<p>V-1-5-3 工学的安全施設等の起動（作動）信号の設定値の根拠に関する説明書</p> <p>2.2 その他の工学的安全施設</p> <p>3.2 その他の工学的安全施設</p> <p>4.2 その他の工学的安全施設</p> <p>V-1-5-4 発電用原子炉の運転を管理するための制御装置に係る制御方法に関する説明書</p> <p>3.4.4 安全保護系（原子炉緊急停止系作動回路及び工学的安全施設作動回路）及びその他の工学的安全施設等の作動設備</p>	<p>6. 原子炉非常停止信号及び工学的安全施設等の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>b. ATWS緩和設備に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>を自動停止させて、発電用原子炉の出力を抑制できる設計とする。また、ATWS緩和設備（代替再循環系ポンプトリップ機能）は、自動で停止しない場合に、中央制御室の操作スイッチを手動で操作することにより、再循環系ポンプ遮断器及び再循環系ポンプ低速度用電源装置遮断器を開放することで、再循環系ポンプを停止させることができる設計とする。</p> <p>【59条4】</p>		
	<p>3.4 過渡時自動減圧機能</p> <p>原子炉冷却材圧力バウンダリが高圧の状態であって、設計基準事故対処設備が有する発電用原子炉の減圧機能が喪失した場合においても炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損を防止するため、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するために必要な重大事故等対処設備として、逃がし安全弁を作動させる過渡時自動減圧機能を設ける設計とする。</p> <p>【61条1】</p> <p>自動減圧機能が喪失した場合の重大事故等対処設備として、過渡時自動減圧機能は、原子炉水位異常低下（レベル1）及び残留熱除去系ポンプ運転（低圧注水系）又は低圧炉心スプレイ系ポンプ運転の場合に、逃がし安全弁用電磁弁を作動させることにより、逃がし安全弁を強制的に開放し、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧させることができる設計とする。なお、18個の逃がし安全弁のうち、2個がこの機能を有するとともに、自動減圧系との干渉及び起動阻止スイッチの判断操作の時間的余裕を考慮し、時間遅れを設ける設計とする。</p> <p>【61条4】</p>	<p>V-1-5-3 工学的安全施設等の起動（作動）信号の設定値の根拠に関する説明書</p> <p>2.2 その他の工学的安全施設</p> <p>3.2 その他の工学的安全施設</p> <p>4.2 その他の工学的安全施設</p> <p>V-1-5-4 発電用原子炉の運転を管理するための制御装置に係る制御方法に関する説明書</p> <p>3.4.4 安全保護系（原子炉緊急停止系作動回路及び工学的安全施設作動回路）及びその他の工学的安全施設等の作動設備</p>	<p>6. 原子炉非常停止信号及び工学的安全施設等の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>c. 過渡時自動減圧機能に関する設計</p>
	<p>3.5 自動減圧機能作動阻止</p> <p>運転時の異常な過渡変化時において発電用原子炉の運転を緊急に停止することができない事象が発生した場合に、自動減圧系の起動阻止スイッチを2個作動させることで発電用原子炉の自動による減圧を防止できる設計とする。</p> <p>【59条5】</p> <p>原子炉緊急停止失敗時に自動減圧系が作動する</p>	<p>V-1-5-4 発電用原子炉の運転を管理するための制御装置に係る制御方法に関する説明書</p> <p>3.4.4 安全保護系（原子炉緊急停止系作動回路及び工学的安全施設作動回路）及びその他の工学的安全施設等の作動設備</p>	<p>6. 原子炉非常停止信号及び工学的安全施設等の設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>d. 自動減圧機能作動阻止に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>と、高圧炉心スプレイ系、残留熱除去系（低圧注水系）及び低圧炉心スプレイ系から大量の冷水が注水され出力の急激な上昇につながるため、自動減圧系の起動阻止スイッチにより自動減圧系及び過渡時自動減圧機能による自動減圧を阻止できる設計とする。</p> <p>【59条2】【61条3】</p>		
<p>3.6 試験及び検査</p> <p>原子炉緊急停止系は、原子炉運転中でも一度に1つずつのチャンネルを各検出器でトリップさせることによって、スクラム・パイロット弁までのあらゆる機能をチェックすることができる設計とする。</p> <p>工学的安全施設作動回路は、原子炉運転中でもテスト信号によって各々のチャンネル（検出器を含む）の試験を行うことができる設計とする。</p>	<p>3.6 試験及び検査</p> <p>原子炉緊急停止系は、原子炉運転中でも一度に1つずつのチャンネルを各検出器でトリップさせることによって、スクラム・パイロット弁までのあらゆる機能をチェックすることができる設計とする。</p> <p>【35条11】</p> <p>工学的安全施設作動回路は、原子炉運転中でもテスト信号によって各々のチャンネル（検出器を含む）の試験を行うことができる設計とする。</p> <p>【35条12】</p>	-	- (追加要求事項なし)
<p>4. 通信連絡設備</p> <p>4.1 通信連絡設備（発電所内）</p> <p>原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障の際に、中央制御室等から人が立ち入る可能性のある原子炉建屋、タービン建屋等の建屋内外各所の人に操作、作業又は退避の指示等の連絡を行うことができる設備として、警報装置及び通信設備（発電所内）を設置又は保管する設計とする。</p>	<p>4. 通信連絡設備</p> <p>4.1 通信連絡設備（発電所内）</p> <p>原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障その他の異常の際に、中央制御室等から人が立ち入る可能性のある原子炉建屋、タービン建屋等の建屋内外各所の人に操作、作業、退避の指示、事故対策のための集合等の連絡をブザー鳴動等により行うことができる設備及び音声等により行うことができる設備として、警報装置及び通信設備（発電所内）を設置又は保管する設計とする。</p> <p>【46条5】【47条6】</p> <p>警報装置として、十分な数量の警報装置の機能を有する送受話器（ページング）及び多様性を確保した通信設備（発電所内）として、十分な数量の送受話器（ページング）、電力保安通信用電話設備（固定電話機、PHS端末及びFAX）（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。）、無線連絡設備（固定型）、無線連絡設備（携帯型）、携行型有線通話装置、衛星電話設備（固定型）（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。））及び衛星電話設備（携帯型）（東</p>	<p>V-1-1-10 通信連絡設備に関する説明書</p> <p>2.1 通信連絡設備（発電所内）</p> <p>3.1 通信連絡設備（発電所内）</p>	<p>7. 通信連絡設備に関する設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>a. 通信連絡設備（発電所内）に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>海, 東海第二発電所共用 (以下同じ。)) を設置又は保管する設計とする。</p> <p>【46条5】【47条6】</p> <p>また, 緊急時対策所へ事故状態等の把握に必要なデータを伝送できるデータ伝送設備 (発電所内) として, 安全パラメータ表示システム (SPDS) を設置する設計とする。</p> <p>【46条4】【47条7】</p>		
—	<p>警報装置, 通信設備 (発電所内) 及びデータ伝送設備 (発電所内) については, 非常用所内電源又は無停電電源 (蓄電池を含む。) に接続し, 外部電源が期待できない場合でも動作可能な設計とする。</p> <p>【47条8】</p>	<p>V-1-1-10 通信連絡設備に関する説明書</p> <p>3.1 通信連絡設備 (発電所内)</p>	<p>7. 通信連絡設備に関する設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>a. 通信連絡設備 (発電所内) に関する設計</p>
—	<p>重大事故等が発生した場合において, 発電所内の通信連絡をする必要のある場所と通信連絡を行うために必要な通信設備 (発電所内) 及び計測等を行った特に重要なパラメータを発電所内の必要な場所で共有するために必要な通信設備 (発電所内) として, 必要な数量の衛星電話設備 (固定型) 及び携帯型有線通話装置を中央制御室及び緊急時対策所内に設置又は保管し, 必要な数量の衛星電話設備 (携帯型) 及び無線連絡設備 (携帯型) を緊急時対策所内に保管する設計とする。なお, 可搬型については必要な数量に加え, 故障を考慮した数量の予備を保管する。</p> <p>【76条22】【77条1】</p> <p>緊急時対策所へ重大事故等に対処するために必要なデータを伝送するためのデータ伝送設備 (発電所内) として, 安全パラメータ表示システム (SPDS) のうちデータ伝送装置を中央制御室内に設置し, 緊急時対策支援システム伝送装置及びSPDSデータ表示装置は, 緊急時対策所建屋内に設置する設計とする。</p> <p>【76条21】【77条2】</p> <p>衛星電話設備 (固定型) は, 屋外に設置したアンテナと接続することにより, 屋内で使用できる設計とする。</p> <p>【77条3】</p>	<p>V-1-1-10 通信連絡設備に関する説明書</p> <p>2.1 通信連絡設備 (発電所内)</p> <p>3.1 通信連絡設備 (発電所内)</p>	<p>7. 通信連絡設備に関する設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>a. 通信連絡設備 (発電所内) に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>中央制御室内に設置する衛星電話設備（固定型）は、非常用交流電源設備に加えて、全交流動力電源が喪失した場合においても、代替電源設備である常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【77条4】 緊急時対策所内に設置する衛星電話設備（固定型）は、非常用交流電源設備に加えて、全交流動力電源が喪失した場合においても、代替電源設備である緊急時対策所用代替電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【77条5】 衛星電話設備（携帯型）、無線連絡設備（携帯型）及び携行型有線通話装置は、充電池又は乾電池を使用する設計とする。充電池を用いるものについては、ほかの端末又は予備の充電池と交換することにより7日間以上継続して通話を可能とし、使用後の充電池は、中央制御室又は緊急時対策所の電源から充電することができる設計とする。また、乾電池を用いるものについては、予備の乾電池と交換することにより、7日間以上継続して通話ができる設計とする。</p> <p>【77条6】【77条7】 安全パラメータ表示システム（SPDS）のうちデータ伝送装置は、非常用交流電源設備に加えて、全交流動力電源が喪失した場合においても、代替電源設備である常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>安全パラメータ表示システム（SPDS）のうち緊急時対策支援システム伝送装置及びSPDSデータ表示装置は、非常用交流電源設備に加えて、全交流動力電源が喪失した場合においても、代替電源設備である緊急時対策所用代替電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【77条8】【77条9】</p>	<p>V-1-1-10 通信連絡設備に関する説明書</p> <p>2.1 通信連絡設備（発電所内）</p> <p>3.1 通信連絡設備（発電所内）</p>	<p>7. 通信連絡設備に関する設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>a. 通信連絡設備（発電所内）に関する設計</p>
—	<p>重大事故等が発生した場合に必要な通信設備（発電所内）及びデータ伝送設備（発電所内）については、基準地震動S_sによる地震力に対し、地震</p>	<p>V-1-1-10 通信連絡設備に関する説明書</p> <p>2.1 通信連絡設備（発電所内）</p> <p>3.1 通信連絡設備（発電所内）</p>	<p>7. 通信連絡設備に関する設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>a. 耐震評価</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>時及び地震後においても通信連絡に係る機能を保持するため、固縛又は固定による転倒防止措置等を実施するとともに、信号ケーブル及び電源ケーブルは、耐震性を有する電線管等に敷設する設計とする。</p> <p>【77条10】</p>		
—	<p>4.2 通信連絡設備（発電所外）</p> <p>設計基準事故が発生した場合において、発電所外の本店（東京）、国、地方公共団体、その他関係機関等の必要箇所へ事故の発生等に係る連絡を音声等により行うことができる通信設備（発電所外）として、十分な数量の電力保安通信用電話設備（固定電話機、PHS端末及びFAX）、テレビ会議システム（社内）（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。）、加入電話設備（加入電話及び加入FAX）（東海、東海第二発電所共用）、専用電話設備（専用電話（ホットライン）（地方公共団体向））（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。）、衛星電話設備（固定型）、衛星電話設備（携帯型）及び統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備（テレビ会議システム、IP電話及びIP-FAX）（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。））を設置又は保管する設計とする。</p> <p>【46条5】【47条9】</p> <p>また、発電所内から発電所外の緊急時対策支援システム（ERSS）へ必要なデータを伝送できるデータ伝送設備（発電所外）として、データ伝送設備を設置する設計とする。</p> <p>【47条10】</p> <p>通信設備（発電所外）及びデータ伝送設備（発電所外）については、有線系、無線系又は衛星系回線による通信方式の多様性を備えた構成の通信回線に接続する。電力保安通信用電話設備（固定電話機、PHS端末及びFAX）、テレビ会議システム（社内）、専用電話設備（専用電話（ホットライン）（地方公共団体向））、統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備（テレビ会議システム、IP電話及びIP-FAX）及びデータ伝送設備は、専用通信回線に接続し、輻輳等による制限を受</p>	<p>V-1-1-10 通信連絡設備に関する説明書</p> <p>2.2 通信連絡設備（発電所外）</p> <p>3.2 通信連絡設備（発電所外）</p>	<p>7. 通信連絡設備に関する設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>b. 通信連絡設備（発電所外）に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>けることなく常時使用できる設計とする。また、これらの専用通信回線の容量は通話及びデータ伝送に必要な容量に対し十分な余裕を確保した設計とする。</p> <p>【46条6】【47条11】</p>		
—	<p>通信設備（発電所外）及びデータ伝送設備（発電所外）については、非常用所内電源又は無停電電源（蓄電池を含む。）に接続し、外部電源が期待できない場合でも動作可能な設計とする。</p> <p>【47条12】</p>	<p>V-1-1-10 通信連絡設備に関する説明書</p> <p>2.2 通信連絡設備（発電所外）</p> <p>3.2 通信連絡設備（発電所外）</p>	<p>7. 通信連絡設備に関する設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>b. 通信連絡設備（発電所外）に関する設計</p>
—	<p>原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障その他の異常が発生した場合において、データ伝送設備は、基準地震動S₀による地震力に対し、地震時及び地震後においても、緊急時対策支援システム（ERSS）へ必要なデータを伝送する機能を保持するため、固縛又は固定による転倒防止措置等を実施するとともに、信号ケーブル及び電源ケーブルは、耐震性を有する電線管等の電路に敷設する設計とする。</p> <p>【47条13】</p>	<p>V-1-1-10 通信連絡設備に関する説明書</p> <p>2.2 通信連絡設備（発電所外）</p> <p>3.2 通信連絡設備（発電所外）</p>	<p>7. 通信連絡設備に関する設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>a. 耐震評価</p>
—	<p>重大事故等が発生した場合において、発電所外（社内外）の通信連絡をする必要のある場所と通信連絡を行うために必要な通信設備（発電所外）及び計測等を行った特に重要なパラメータを発電所外（社内外）の必要な場所で共有するために必要な通信設備（発電所外）として、必要な数量の衛星電話設備（固定型）を中央制御室及び緊急時対策所内に設置し、必要な数量の衛星電話設備（携帯型）及び統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備（テレビ会議システム、IP電話及びIP-FAX）を緊急時対策所内に設置又は保管する設計とする。なお、可搬型については必要な数量に加え、故障を考慮した数量の予備を保管する。</p> <p>【76条22】【77条11】</p> <p>重大事故等が発生した場合において、発電所内から発電所外の緊急時対策支援システム（ERSS）へ必要なデータを伝送できるデータ伝送設備（発電所外）として、緊急時対策支援システム伝送装置で構成するデータ伝送設備を緊急時対策所建</p>	<p>V-1-1-10 通信連絡設備に関する説明書</p> <p>2.2 通信連絡設備（発電所外）</p> <p>3.2 通信連絡設備（発電所外）</p>	<p>7. 通信連絡設備に関する設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>b. 通信連絡設備（発電所外）に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>屋内に設置する設計とする。</p> <p>【76条24】【77条12】</p> <p>衛星電話設備（固定型）は、屋外に設置したアンテナと接続することにより、屋内で使用できる設計とする。</p> <p>【77条13】</p>		
—	<p>中央制御室内に設置する衛星電話設備（固定型）は、非常用交流電源設備に加えて、全交流動力電源が喪失した場合においても、代替電源設備である常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【77条14】</p> <p>衛星電話設備（携帯型）は、充電機を使用する設計とする。充電機を用いるものについては、ほかの端末又は予備の充電機と交換することにより7日間以上継続して通話を可能とし、使用後の充電機は、中央制御室又は緊急時対策所の電源から充電することができる設計とする。</p> <p>【77条15】【77条16】</p> <p>緊急時対策所建屋内に設置する衛星電話設備（固定型）及び統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備（テレビ会議システム、IP電話及びIP-FAX）は、非常用交流電源設備に加えて、全交流動力電源が喪失した場合においても、代替電源設備である緊急時対策所用代替電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【77条17】</p> <p>データ伝送設備（発電所外）は、非常用交流電源設備に加えて、全交流動力電源が喪失した場合においても、代替電源設備である緊急時対策所用代替電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【77条18】</p>	<p>V-1-1-10 通信連絡設備に関する説明書</p> <p>2.2 通信連絡設備（発電所外）</p> <p>3.2 通信連絡設備（発電所外）</p>	<p>7. 通信連絡設備に関する設計</p> <p>(1) 設備仕様に係る設計</p> <p>b. 通信連絡設備（発電所外）に関する設計</p>
—	<p>重大事故等が発生した場合に必要な通信設備（発電所外）及びデータ伝送設備（発電所外）については、基準地震動S_sによる地震力に対し、地震時及び地震後においても通信連絡に係る機能を保持するため、固縛又は固定による転倒防止措置等を実施するとともに、信号ケーブル及び電源ケーブルは、耐震性を有する電線管等に敷設する設計</p>	<p>V-1-1-10 通信連絡設備に関する説明書</p> <p>2.2 通信連絡設備（発電所外）</p> <p>3.2 通信連絡設備（発電所外）</p>	<p>7. 通信連絡設備に関する設計</p> <p>(2) 各機器固有の設計</p> <p>a. 耐震評価</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	とする。 【77条19】 緊急時対策所内に設置する衛星電話設備（固定型）及び統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備は、同一の端末を使用することにより、端末を変更する場合に生じる情報共有の遅延を防止することができ、安全性の向上が図れることから、東海発電所及び東海第二発電所で共用する設計とする。 【77条20】 これらの通信連絡設備は、共用により悪影響を及ぼさないよう、東海発電所及び東海第二発電所の使用する要員が通信連絡するために必要な容量を確保する設計とする。 【77条21】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.2 悪影響防止 3.3 計測制御系統施設	7. 通信連絡設備に関する設計 (1) 設備仕様に係る設計 b. 通信連絡設備（発電所外）に関する設計
通信連絡設備のうち衛星電話設備（固定型）、衛星電話設備（携帯型）、電力保安通信用電話設備（固定電話機、PHS端末及びFAX）、テレビ会議システム（社内）、統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備（テレビ会議システム、IP電話及びIP-FAX）、加入電話設備（加入電話及び加入FAX）及び専用電話設備（ホットライン）（地方公共団体向）は、東海発電所と共用とするが、東海第二発電所及び東海発電所に係る通信・通話に必要な仕様を満足する設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。	通信連絡設備のうち衛星電話設備（固定型）、衛星電話設備（携帯型）、電力保安通信用電話設備（固定電話機、PHS端末及びFAX）、テレビ会議システム（社内）、統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備（テレビ会議システム、IP電話及びIP-FAX）、加入電話設備（加入電話及び加入FAX）及び専用電話設備（ホットライン）（地方公共団体向）は、東海発電所と共用とするが、東海第二発電所及び東海発電所に係る通信・通話に必要な仕様を満足する設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。 【15条14】	—	— (追加要求事項なし)
—	5. 制御用空気設備 5.1 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備 原子炉冷却材圧力バウンダリが高圧の状態であって、設計基準事故対処設備が有する発電用原子炉の減圧機能が喪失した場合においても炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損を防止するため、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するために必要な重大事故等対処設備として、非常用窒素供給系及び非常用逃がし安全弁駆動系を設ける設計とする。 【61条1】	V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（計測制御系統施設）	8. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備の設計 (1) 設備仕様に係る設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備のうち、逃がし安全弁の機能回復のための重大事故等対処設備として、非常用窒素供給系は、逃がし安全弁の作動に必要な逃がし弁機能用アキュムレータ及び自動減圧機能用アキュムレータの充填圧力が喪失した場合において、逃がし安全弁（7個）の作動に必要な窒素を非常用窒素供給系高圧窒素ポンベ（空調機容量 <input type="text"/> kW 以上）により供給できる設計とする。</p> <p>【61条10】 非常用窒素供給系高圧窒素ポンベの圧力が低下した場合は、現場で非常用窒素供給系高圧窒素ポンベの取替えが可能な設計とする。</p> <p>【61条11】</p>		
—	<p>非常用窒素供給系の流路として、自動減圧機能用アキュムレータを重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備として設計する。</p> <p>【61条12】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	8. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備の設計 (1) 設備仕様に係る設計
—	<p>原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備のうち、逃がし安全弁機能回復のための重大事故等対処設備として、非常用逃がし安全弁駆動系は、逃がし安全弁の作動に必要な逃がし弁機能用アキュムレータ及び自動減圧機能用アキュムレータの充填圧力が喪失した場合において、逃がし安全弁のアクチュエータに非常用逃がし安全弁駆動系高圧窒素ポンベ（空調機容量 <input type="text"/> kW 以上）により直接窒素を供給することで、逃がし安全弁（4個）を一定期間にわたり連続して開状態を保持できる設計とする。</p> <p>【61条13】 非常用逃がし安全弁駆動系高圧窒素ポンベの圧力が低下した場合は、現場で非常用逃がし安全弁駆動系高圧窒素ポンベの取替えが可能な設計とする。</p> <p>【61条14】</p>	V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（計測制御系統施設）	8. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備の設計 (1) 設備仕様に係る設計
6. 主要対象設備 計測制御系統施設の対象となる主要な設備について、「表1 計測制御系統施設の主要設備リスト」に示す。	6. 主要対象設備 計測制御系統施設の対象となる主要な設備について、「表1 計測制御系統施設の主要設備リスト」に示す。	—	— （「主要設備リスト」及び「兼用設備リスト」による）

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	本施設の設備として兼用する場合に主要設備リストに記載されない設備については「表2 計測制御系統施設の兼用設備リスト」に示す。		

(別添) 要目表から工認添付説明書及び様式-1への展開表

【対象施設：計測制御系統施設】

要目表		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>1 制御方式</p> <p>中央制御方式による常時監視並びに手動及び自動制御</p>	<p>1 制御方式</p> <p>中央制御方式による常時監視並びに手動及び自動制御</p>	-	- (追加要求事項なし)
<p>2 中央制御室機能及び中央制御室外原子炉停止機能</p> <p>(1) 中央制御室機能</p> <p>中央制御室は以下の機能を有する。</p> <p>中央制御室は耐震性を有する原子炉建屋付属棟内に設置し、基準地震動による地震力に対して機能を喪失しない設計とするとともに、発電用原子炉の反応度制御系統及び原子炉停止系統に係る設備、非常用炉心冷却設備その他の非常時に発電用原子炉の安全を確保するための設備を操作できる設計とする。</p> <p>発電用原子炉及び主要な関連設備の運転状況(発電用原子炉の制御棒の動作状態、発電用原子炉及び原子炉冷却系統に係る主要なポンプの起動・停止状態、発電用原子炉及び原子炉冷却系統に係る主要な弁の開閉状態)の監視及び操作ができるとともに、発電用原子炉施設の安全性を確保するために必要な操作を手動により行うことができる設計とする。</p>	<p>2 中央制御室機能及び中央制御室外原子炉停止機能</p> <p>(1) 中央制御室機能</p> <p>中央制御室は以下の機能を有する。</p> <p>中央制御室は耐震性を有する原子炉建屋付属棟内に設置し、基準地震動S₀による地震力に対して機能を喪失しない設計とするとともに、発電用原子炉の反応度制御系統及び原子炉停止系統に係る設備、非常用炉心冷却設備その他の非常時に発電用原子炉の安全を確保するための設備を操作できる設計とする。</p> <p>【38条1】</p> <p>発電用原子炉及び主要な関連設備の運転状況(発電用原子炉の制御棒の動作状態、発電用原子炉及び原子炉冷却系統に係る主要なポンプの起動・停止状態、発電用原子炉及び原子炉冷却系統に係る主要な弁の開閉状態)の監視及び操作ができるとともに、発電用原子炉施設の安全性を確保するために必要な操作を手動により行うことができる設計とする。</p> <p>【38条2】</p>	-	- (追加要求事項なし)
<p>a. 中央制御室制御盤等</p> <p>中央制御室制御盤は、原子炉制御関係、原子炉プラントプロセス計装関係、原子炉緊急停止系関係、原子炉補助設備関係、タービン発電機関係、所内電気回路関係等の計測制御装置を設けた中央監視操作盤及び中央制御室内裏側直立盤で構成し、設計基準対象施設の健全性を確認するために必要なパラメータ(炉心の中性子束、制御棒位置、原子炉冷却材の圧力、温度及び流量、原子炉水位、原子炉格納容器内の圧力及び温度等)を監視できるとともに、全てのプラント運転状態において、運転員に過度な負担とならないよう、中央制御室制御盤において監</p>	<p>a. 中央制御室制御盤等</p> <p>中央制御室制御盤は、原子炉制御関係、原子炉プラントプロセス計装関係、原子炉緊急停止系関係、原子炉補助設備関係、タービン発電機関係、所内電気回路関係等の計測制御装置を設けた中央監視操作盤及び中央制御室内裏側直立盤で構成し、設計基準対象施設の健全性を確認するために必要なパラメータ(炉心の中性子束、制御棒位置、原子炉冷却材の圧力、温度及び流量、原子炉水位、原子炉格納容器内の圧力及び温度等)を監視できるとともに、全てのプラント運転状態において、運転員に過度な負担とならないよう、中央制御室制御盤において監</p>	<p>V-1-5-5 中央制御室の機能に関する説明書</p> <p>2.1 中央制御室制御盤等</p> <p>3.1.1 中央制御室制御盤の構成</p> <p>3.1.2 誤操作防止</p>	<p>9. 中央制御室の機能の設計</p> <p>(2) 中央制御室の機能の設計</p> <p>a. 中央制御盤等</p> <p>d. 通信連絡</p>

要 目 表		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変 更 前	変 更 後		
<p>視，操作する対象を定め，通常運転，運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故の対応に必要な操作器，指示計，記録計及び警報装置（計測制御系統施設，放射性廃棄物の廃棄施設及び放射線管理施設の警報装置を含む。）を有する設計とする。</p> <p>なお，安全保護装置及びそれにより駆動又は制御される機器については，バイパス状態，使用不能状態について表示すること等により運転員が的確に認知できる設計とする。</p> <p>また，運転員の監視及び操作を支援するための装置及びプラント状態の把握を支援する装置としてCRT等を有する設計とする。</p> <p>非常用炉心冷却設備その他の非常時に発電用原子炉の安全を確保するための設備を運転中に試験する場合に使用する電動弁用電動機の熱的過負荷保護装置は，使用状態を運転員が的確に識別できるよう表示装置を設ける設計とする。</p> <p>緊急時対策所との連絡及び連携の機能に係る情報伝達の不備や誤判断が生じないよう，緊急時対策に必要な情報について運転員を介さずとも確認できる設計とする。</p>	<p>視，操作する対象を定め，通常運転，運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故の対応に必要な操作器，指示計，記録計及び警報装置（計測制御系統施設，放射性廃棄物の廃棄施設及び放射線管理施設の警報装置を含む。）を有する設計とする。</p> <p>なお，安全保護装置及びそれにより駆動又は制御される機器については，バイパス状態，使用不能状態について表示すること等により運転員が的確に認知できる設計とする。</p> <p>【38条3】</p> <p>また，運転員の監視及び操作を支援するための装置及びプラント状態の把握を支援する装置としてCRT等を有する設計とする。</p> <p>【38条4】</p> <p>非常用炉心冷却設備その他の非常時に発電用原子炉の安全を確保するための設備を運転中に試験する場合に使用する電動弁用電動機の熱的過負荷保護装置は，使用状態を運転員が的確に識別できるよう表示装置を設ける設計とする。</p> <p>【38条6】</p> <p>緊急時対策所との連絡及び連携の機能に係る情報伝達の不備や誤判断が生じないよう，緊急時対策に必要な情報について運転員を介さずとも確認できる設計とする。</p> <p>【38条5】</p>		
<p>設計基準対象施設は，プラントの安全上重要な機能に支障をきたすおそれがある機器・弁等に対して，色分けや銘板取り付け等の識別管理や人間工学的な操作性も考慮した監視操作エリア・設備の配置，中央監視操作の盤面配置，理解しやすい表示方法により発電用原子炉施設の状態が正確，かつ迅速に把握できる設計とするとともに施錠管理を行い，運転員の誤操作を防止する設計とする。また，保守点検において誤りが生じにくいよう留意した設計とする。</p>	<p>設計基準対象施設は，プラントの安全上重要な機能に支障をきたすおそれがある機器・弁等に対して，色分けや銘板取り付け等の識別管理や人間工学的な操作性も考慮した監視操作エリア・設備の配置，中央監視操作の盤面配置，理解しやすい表示方法により発電用原子炉施設の状態が正確，かつ迅速に把握できる設計とするとともに施錠管理を行い，運転員の誤操作を防止する設計とする。また，保守点検において誤りが生じにくいよう留意した設計とする。</p> <p>【38条7】</p>	<p>V-1-5-5 中央制御室の機能に関する説明書</p> <p>2.1 中央制御室制御盤等</p> <p>3.1 中央制御室制御盤等</p>	<p>9. 中央制御室の機能の設計</p> <p>(2) 中央制御室の機能の設計</p> <p>a. 中央制御盤等</p> <p>b. 外部状況把握</p>

要 目 表		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変 更 前	変 更 後		
<p>中央制御室制御盤は、盤面器具（指示計、記録計、操作器具、表示装置、警報表示）を系統毎にグループ化して中央監視操作盤に集約し、操作器具の統一化（色、形状、大きさ等の視覚的要素での識別）、操作器具の操作方法に統一性を持たせること等により、通常運転、運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故時において運転員の誤操作を防止するとともに容易に操作ができる設計とする。</p> <p>運転員が運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故に対応するための設備を中央制御室において容易に操作することができる設計とするとともに、現場操作についても運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故時に操作が必要な箇所は環境条件を想定し、適切な対応を行うことにより容易に操作することができる設計とする。</p>	<p>中央制御室制御盤は、盤面器具（指示計、記録計、操作器具、表示装置、警報表示）を系統毎にグループ化して中央監視操作盤に集約し、操作器具の統一化（色、形状、大きさ等の視覚的要素での識別）、操作器具の操作方法に統一性を持たせること等により、通常運転、運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故時において運転員の誤操作を防止するとともに、容易に操作ができる設計とする。</p> <p>【38条9】</p> <p>当該操作が必要となる理由となった事象が有意な可能性をもって同時にもたらされる環境条件及び発電用原子炉施設で有意な可能性をもって同時にもたらされる環境条件（地震、内部火災、内部溢水、外部電源喪失並びに燃焼ガスやばい煙、有毒ガス、降下火砕物及び凍結による操作雰囲気悪化）を想定しても、運転員が運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故に対応するための設備を中央制御室において操作に必要な照明の確保等により容易に操作することができる設計とするとともに、現場操作についても運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故時に操作が必要な箇所は環境条件を想定し、適切な対応を行うことにより容易に操作することができる設計とする。</p> <p>【38条8】</p>		
<p>—</p>	<p>b. 外部状況把握</p> <p>発電用原子炉施設の外部の状況を把握するため、津波・構内監視カメラ（浸水防護施設の設備を計測制御系統施設の設備として兼用（以下同じ。）、風向、風速その他の気象条件を測定する気象観測設備（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。））等を設置し、津波・構内監視カメラの映像、気象観測設備等のパラメータ及び公的機関からの地震、津波、竜巻情報等の入手により中央制御室から発電用原子炉施設に影響を及ぼす可能性のある自然現象等を把握できる設計とする。</p> <p>【38条10】</p>	<p>V-1-5-5 中央制御室の機能に関する説明書</p> <p>2.2 外部状況把握</p> <p>3.2 外部状況把握</p>	<p>9. 中央制御室の機能の設計</p> <p>(2) 中央制御室の機能の設計</p> <p>b. 外部状況把握</p>

要 目 表		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変 更 前	変 更 後		
	<p>津波・構内監視カメラは暗視機能等を持ち、中央制御室にて遠隔操作することにより、発電所構内の周辺状況（海側及び陸側）を昼夜にわたり把握できる設計とする。</p> <p>【38条11】</p> <p>なお、津波・構内監視カメラは、地震荷重等を考慮し必要な強度を有する設計とするとともに、所内常設直流電源設備から給電できる設計とする。</p> <p>【38条12】</p>		
<p>c. 居住性の確保</p> <p>中央制御室及びこれに連絡する通路並びに運転員その他の従事者が中央制御室に出入りするための区域は、原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障その他の異常が発生した場合に、中央制御室の気密性、遮蔽その他適切な放射線防護措置、気体状の放射性物質並びに火災等により発生する燃焼ガス及び有毒ガスに対する換気設備の隔離その他の適切な防護措置を講じることにより、発電用原子炉の運転の停止その他の発電用原子炉施設の安全性を確保するための措置をとるための機能を有するとともに連絡する通路及び出入りするための区域は従事者が支障なく中央制御室に入ることができる設計とする。</p>	<p>c. 居住性の確保</p> <p>中央制御室及びこれに連絡する通路並びに運転員その他の従事者が中央制御室に出入りするための区域は、原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障その他の異常が発生した場合に、中央制御室の気密性、遮蔽その他適切な放射線防護措置、気体状の放射性物質並びに火災等により発生する燃焼ガス、ばい煙、有毒ガス及び降下火砕物に対する換気設備の隔離その他の適切な防護措置を講じることにより、発電用原子炉の運転の停止その他の発電用原子炉施設の安全性を確保するための措置をとるための機能を有するとともに連絡する通路及び出入りするための区域は従事者が支障なく中央制御室に入ることができるよう、多重性を有する設計とする。</p> <p>【38条14】</p> <p>重大事故等が発生し、中央制御室の外側が放射性物質により汚染したような状況下において、運転員が中央制御室の外側から中央制御室に放射性物質による汚染を持ち込むことを防止するため、身体サーベイ及び作業服の着替え等を行うための区画を設ける設計とする。</p> <p>【74条17】</p>	<p>V-1-5-5 中央制御室の機能に関する説明書</p> <p>2.3 居住性の確保</p> <p>3.3.1 換気設備</p> <p>3.3.2 生体遮蔽装置</p> <p>3.3.5 チェンジングエリア</p>	<p>9. 中央制御室の機能の設計</p> <p>(2) 中央制御室の機能の設計</p> <p>c. 居住性の確保</p>
—	<p>炉心の著しい損傷が発生した場合においても、可搬型照明（SA）、中央制御室換気系空気調和機ファン、中央制御室換気系フィルタ系ファン、中央制御室換気系フィルタユニット、中央制御室待避室空気ボンベ、中央制御室遮蔽、</p>	<p>V-1-5-5 中央制御室の機能に関する説明書</p> <p>2.3 居住性の確保</p> <p>3.3 居住性の確保</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明</p>	<p>9. 中央制御室の機能の設計</p> <p>(2) 中央制御室の機能の設計</p> <p>c. 居住性の確保</p> <p>V-1-10-8 「原子炉格納施設」の様式-1</p>

要 目 表		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変 更 前	変 更 後		
	<p>中央制御室遮蔽(待避室),中央制御室待避室差圧計,酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計により,中央制御室内にとどまり必要な操作ができる設計とする。</p> <p>【74条1】</p> <p>また,原子炉建屋ガス処理系及びブローアウトパネル閉止装置により,原子炉格納容器から漏えいした空気中の放射性物質の濃度を低減させることで,運転員の被ばくを低減できる設計とする。</p> <p>【74条19】【74条21】</p>	<p>書(原子炉格納施設)</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書別添4 ブローアウトパネル関連設備の設計方針</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>・原子炉建屋ガス処理系</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.3 ブローアウトパネル閉止装置の設計</p>
—	<p>中央制御室換気系空気調和機ファン及び中央制御室換気系フィルタ系ファンは,非常用交流電源設備に加えて,常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【74条4】</p> <p>原子炉建屋ガス処理系は,非常用交流電源設備に加えて,常設代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【74条23】</p> <p>可搬型照明(SA)及びブローアウトパネル閉止装置は,全交流動力電源喪失時においても常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【74条14】【74条23】</p>	<p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>3.1 換気設備</p> <p>3.5 可搬型照明</p> <p>第1-4-1 図 単線結線図(1/5)</p> <p>V-1-1-12 非常用照明に関する説明書</p> <p>3.3 重大事故等発生時の照明</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書別添4 ブローアウトパネル関連設備の設計方針</p>	<p>9. 中央制御室の機能の設計</p> <p>(2) 中央制御室の機能の設計</p> <p>c. 居住性の確保</p> <p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉建屋ガス処理系</p> <p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.3 ブローアウトパネル閉止装置の設計</p>
—	<p>炉心の著しい損傷後の格納容器圧力逃がし装置を作動させる場合に放出されるプルーム通過時に,運転員の被ばくを低減するため,中央制御室内に中央制御室待避室を設け,中央制御室待避室には,遮蔽設備として,中央制御室遮蔽(待避室)を設ける。中央制御室待避室は,中央制御室待避室空気ボンベで正圧化することにより,放射性物質が流入することを一定時間完全に防ぐことができる設計とする。</p> <p>【74条5】</p> <p>放射線管理施設の中央制御室待避室差圧計により,中央制御室待避室と中央制御室との間が正圧化に必要な差圧が確保できていること</p>	<p>V-1-5-5 中央制御室の機能に関する説明書</p> <p>3.3.1 換気設備</p>	<p>9. 中央制御室の機能の設計</p> <p>(2) 中央制御室の機能の設計</p> <p>c. 居住性の確保</p>

要 目 表		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変 更 前	変 更 後		
—	を把握できる設計とする。 【74条 15】		
—	<p>炉心の著しい損傷が発生した場合に、原子炉建屋ガス処理系は、非常用ガス再循環系排風機及び非常用ガス処理系排風機により原子炉建屋原子炉棟を負圧に維持するとともに、原子炉格納容器から原子炉建屋原子炉棟に漏えいした放射性物質を含む気体を非常用ガス処理系排気筒から排気し、原子炉格納容器から漏えいした空気中の放射性物質の濃度を低減させることで、中央制御室にとどまる運転員を過度の被ばくから防護する設計とする。</p> <p>【74条 20】</p> <p>炉心の著しい損傷が発生し、原子炉建屋ガス処理系を起動する際に、原子炉建屋外側ブローアウトパネルを閉止する必要がある場合には、中央制御室から原子炉格納施設のブローアウトパネル閉止装置を操作し、容易かつ確実に開口部を閉止できる設計とする。また、ブローアウトパネル閉止装置は現場においても、人力により操作できる設計とする。</p> <p>【74条 21】</p>	<p>V-1-5-5 中央制御室の機能に関する説明書</p> <p>2.3 居住性の確保</p> <p>3.3.1 換気設備</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.1.16 原子炉建屋原子炉棟</p> <p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>3.1 換気設備</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>別添 4 ブローアウトパネル関連設備の設計方針</p>	<p>9. 中央制御室の機能の設計</p> <p>(2) 中央制御室の機能の設計</p> <p>c. 居住性の確保</p> <p>V-1-10-8 「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>・原子炉建屋ガス処理系</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.3 ブローアウトパネル閉止装置の設計</p>
—	<p>設計基準事故時及び炉心の著しい損傷が発生した場合において、中央制御室内及び中央制御室待避室内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度が活動に支障がない範囲にあることを把握できるよう、酸素濃度計（個数 1（予備 1））及び二酸化炭素濃度計（個数 1（予備 1））を中央制御室内に保管する設計とする。</p> <p>【38条 20】 【74条 16】</p>	<p>V-1-5-5 中央制御室の機能に関する説明書</p> <p>2.3 居住性の確保</p> <p>3.3.4 酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計</p>	<p>9. 中央制御室の機能の設計</p> <p>(2) 中央制御室の機能の設計</p> <p>c. 居住性の確保</p>
—	<p>重大事故等時に、中央制御室内及び中央制御室待避室内での操作並びに身体サーベイ、作業服の着替え等に必要な照度の確保は、可搬型照明（SA）（個数 7（予備 2））によりできる設計とする。</p> <p>【74条 13】</p>	<p>V-1-5-5 中央制御室の機能に関する説明書</p> <p>2.3 居住性の確保</p> <p>3.3.3 照明</p> <p>V-1-1-12 非常用照明に関する説明書</p> <p>2.3 重大事故等発生時の照明</p> <p>3.3 重大事故等発生時の照明</p>	<p>9. 中央制御室の機能の設計</p> <p>(2) 中央制御室の機能の設計</p> <p>c. 居住性の確保</p>
—	<p>炉心の著しい損傷が発生した場合においても中央制御室に運転員がとどまるため、以下の</p>	<p>V-1-5-5 中央制御室の機能に関する説明書</p> <p>3.3.6 データ表示装置（待避室）</p>	<p>9. 中央制御室の機能の設計</p> <p>(2) 中央制御室の機能の設計</p>

要 目 表		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変 更 前	変 更 後		
	<p>設備を設置又は保管する。</p> <p>【74条9】【74条11】</p> <p>中央制御室待避室に待避した運転員が、緊急時対策所と通信連絡を行うため、必要な数量の衛星電話設備（可搬型）（待避室）を保管する設計とする。</p> <p>【74条9】</p> <p>中央制御室待避室に待避した運転員が、中央制御室待避室の外に出ることなく発電用原子炉施設の主要な計測装置の監視を行うため、必要な数量のデータ表示装置（待避室）を設置する設計とする。</p> <p>【74条11】</p>	3.3.7 衛星電話設備（可搬型）（待避室）	c. 居住性の確保
—	<p>衛星電話設備（可搬型）（待避室）及びデータ表示装置（待避室）は、全交流動力電源喪失時においても常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【74条10】【74条12】</p>	V-1-5-5 中央制御室の機能に関する説明書 3.3.6 データ表示装置（待避室） 3.3.7 衛星電話設備（可搬型）（待避室）	9. 中央制御室の機能の設計 (2) 中央制御室の機能の設計 c. 居住性の確保
d. 通信連絡 原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障の際に、中央制御室等から人が立ち入る可能性のある原子炉建屋、タービン建屋等の建屋内外各所の人に操作、作業又は退避の指示等の連絡を行うことができるものとする。	<p>d. 通信連絡</p> <p>原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障その他の異常の際に、中央制御室等から人が立ち入る可能性のある原子炉建屋、タービン建屋等の建屋内外各所の人に操作、作業、退避の指示、事故対策のための集合等の連絡をブザー鳴動、音声等により行うことができるものとする。</p> <p>【47条6】</p> <p>重大事故等が発生した場合において、発電所内外の通信連絡をする必要のある場所と通信連絡を行うことができるものとする。</p> <p>【77条1】【77条11】</p>	V-1-1-10 通信連絡設備に関する説明書 2.1 通信連絡設備（発電所内） 2.2 通信連絡設備（発電所外） 3.1 通信連絡設備（発電所内） 3.2 通信連絡設備（発電所外） V-1-5-5 中央制御室の機能に関する説明書 2.4 通信連絡 3.4 通信連絡	9. 中央制御室の機能の設計 (2) 中央制御室の機能の設計 d. 通信連絡
(2) 中央制御室外原子炉停止機能 中央制御室外原子炉停止機能は以下の機能を有する。 火災その他の異常な状態により中央制御室が使用できない場合において、中央制御室以外の場所から、発電用原子炉を高温停止の状態に直ちに移行させ、及び必要なパラメータを想定される範	(2) 中央制御室外原子炉停止機能 中央制御室外原子炉停止機能は以下の機能を有する。 火災その他の異常な状態により中央制御室が使用できない場合において、中央制御室以外の場所から、発電用原子炉を高温停止の状態に直ちに移行させ、及び必要なパラメータを想定される範	—	— (追加要求事項なし)

要 目 表		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変 更 前	変 更 後		
<p>圏内に制御し、その後、発電用原子炉を安全な低温停止の状態に移行させ、及び低温停止の状態を維持させるために必要な機能を有する中央制御室外原子炉停止装置を設ける設計とする。</p>	<p>圏内に制御し、その後、発電用原子炉を安全な低温停止の状態に移行させ、及び低温停止の状態を維持させるために必要な機能を有する中央制御室外原子炉停止装置を設ける設計とする。</p> <p>【38条13】</p>		

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-5【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（放射性廃棄物の廃
棄施設）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：放射性廃棄物の廃棄施設】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子力設備に関する技術基準を定める省令」, 「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
第1章 共通項目 放射性廃棄物の廃棄施設の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	第1章 共通項目 放射性廃棄物の廃棄施設の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	—	1. 共通的に適用される設計
第2章 個別項目 1. 廃棄物貯蔵設備, 廃棄物処理設備 1.1 廃棄物貯蔵設備 放射性廃棄物を貯蔵する設備の容量は, 通常運転時に発生する放射性廃棄物の発生量と放射性廃棄物処理設備の処理能力, また, 放射性廃棄物処理設備の稼働率を想定した設計とする。 放射性廃棄物を貯蔵する設備は, 放射性廃棄物が漏えいし難い設計とする。また, 崩壊熱及び放射線の照射により発生する熱に耐え, かつ, 放射性廃棄物に含まれる化学薬品の影響及び不純物の影響により著しく腐食しない設計とする。 固体廃棄物貯蔵庫は, 東海発電所と共用とするが, その処理量は東海第二発電所及び東海発電所における合計の予想発生量を考慮することで安全性を損なわない設計とする。	第2章 個別項目 1. 廃棄物貯蔵設備, 廃棄物処理設備 1.1 廃棄物貯蔵設備 放射性廃棄物を貯蔵する設備の容量は, 通常運転時に発生する放射性廃棄物の発生量と放射性廃棄物処理設備の処理能力, また, 放射性廃棄物処理設備の稼働率を想定した設計とする。 【40条1】 放射性廃棄物を貯蔵する設備は, 放射性廃棄物が漏えいし難い設計とする。また, 崩壊熱及び放射線の照射により発生する熱に耐え, かつ, 放射性廃棄物に含まれる化学薬品の影響及び不純物の影響により著しく腐食しない設計とする。 【40条2】 固体廃棄物貯蔵庫は, 東海発電所と共用とするが, その処理量は東海第二発電所及び東海発電所における合計の予想発生量を考慮することで安全性を損なわない設計とする。 【15条10】	—	— (追加要求事項なし)
1.2 廃棄物処理設備 放射性廃棄物を処理する設備は, 周辺監視区域の外の空気中及び周辺監視区域の境界における水中の放射性物質の濃度が, それぞれ, 「核原料物質又は核燃料物質の製錬の事業に関する規則等の規	1.2 廃棄物処理設備 放射性廃棄物を処理する設備は, 周辺監視区域の外の空気中及び周辺監視区域の境界における水中の放射性物質の濃度が, それぞれ, 「核原料物質又は核燃料物質の製錬の事業に関する規則等の規	放射性廃棄物の廃棄施設 要目表 放射性廃棄物の廃棄施設 気体, 液体又は固体廃棄物処理設備に係る機器の配置を明示した図面 6.1.1 液体廃棄物処理系	(追加要求事項はないが, 本工認で必要な設計) 2. 放射線廃棄物の廃棄施設の設計 (1) 気体, 液体又は固体廃棄物処理設備の一部撤去並びに撤去に伴う追設に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
定に基づく線量限度等を定める告示」に定められた濃度限度以下となるように、発電用原子炉施設において発生する放射性廃棄物を処理する能力を有する設計とする。	定に基づく線量限度等を定める告示」に定められた濃度限度以下となるように、発電用原子炉施設において発生する放射性廃棄物を処理する能力を有する設計とする。 【39条1】	6.1.2 固体廃棄物処理系	
さらに、発電所周辺の一般公衆の線量を合理的に達成できる限り低く保つ設計とし、「発電用軽水型原子炉施設周辺の線量目標値に関する指針」を満足する設計とする。	さらに、発電所周辺の一般公衆の線量を合理的に達成できる限り低く保つ設計とし、「発電用軽水型原子炉施設周辺の線量目標値に関する指針」を満足する設計とする。 【39条2】	放射性廃棄物の廃棄施設 要目表 放射性廃棄物の廃棄施設 気体、液体又は固体廃棄物処理設備に係る機器の配置を明示した図面 6.1.1 液体廃棄物処理系 6.1.2 固体廃棄物処理系	(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計) 2. 放射線廃棄物の廃棄施設の設計 (1) 気体、液体又は固体廃棄物処理設備の一部撤去並びに撤去に伴う追設に関する設計
気体廃棄物処理設備は、主として主復水器の空気抽出器、排ガス再結合器及び排ガス減衰管並びに活性炭ホールドアップ装置等で構成し、排ガスはろ過処理後、放射性物質の濃度を監視しながら主排気筒等から放出する設計とする。 なお、排ガス減衰管は排ガスの通過に通常約 30 分、活性炭ホールドアップ装置は排ガス中のクセノンの通過に約 27 日間、クリプトンの通過に約 40 時間を要する設計とする。	気体廃棄物処理設備は、主として主復水器の空気抽出器、排ガス再結合器及び排ガス減衰管並びに活性炭ホールドアップ装置等で構成し、排ガスはろ過処理後、放射性物質の濃度を監視しながら主排気筒等から放出する設計とする。 なお、排ガス減衰管は排ガスの通過に通常約 30 分、活性炭ホールドアップ装置は排ガス中のクセノンの通過に約 27 日間、クリプトンの通過に約 40 時間を要する設計とする。 【39条3】	—	— (追加要求事項なし)
液体廃棄物処理設備は、廃液の発生源により、機器ドレン処理系、床ドレン処理系、再生廃液処理系、洗濯廃液処理系及び排ガス洗浄廃液処理系で処理する設計とする。	液体廃棄物処理設備は、廃液の発生源により、機器ドレン処理系、床ドレン処理系、再生廃液処理系、洗濯廃液処理系及び排ガス洗浄廃液処理系で処理する設計とする。 【39条4】	放射性廃棄物の廃棄施設 要目表 V-1-1-4-5 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(放射性廃棄物の廃棄施設) 放射性廃棄物の廃棄施設 気体、液体又は固体廃棄物処理設備に係る機器の配置を明示した図面 6.1.1 液体廃棄物処理系 6.1.2 固体廃棄物処理系	(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計) 2. 放射線廃棄物の廃棄施設の設計 (1) 気体、液体又は固体廃棄物処理設備の一部撤去並びに撤去に伴う追設に関する設計 3. 格納容器機器ドレンサンブ及び格納容器床ドレンサンブに関する設計
放射性物質を含む原子炉冷却材を通常運転時において原子炉冷却材系統外に排出する場合は、床ドレン及び機器ドレン系のサンブを介して、液体廃棄物処理系へ導く設計とする。	放射性物質を含む原子炉冷却材を通常運転時において原子炉冷却材系統外に排出する場合は、床ドレン及び機器ドレン系のサンブを介して、液体廃棄物処理系へ導く設計とする。 【29条2】	放射性廃棄物の廃棄施設 要目表 V-1-1-4-5 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(放射性廃棄物の廃棄施設) 放射性廃棄物の廃棄施設 気体、液体又は固体廃棄物処理設備に係る機器の配置を明示した図面	(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計) 2. 放射線廃棄物の廃棄施設の設計 (1) 気体、液体又は固体廃棄物処理設備の一部撤去並びに撤去に伴う追設に関する設計 3. 格納容器機器ドレンサンブ及び格納容器床ドレンサンブに関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		6.1.1 液体廃棄物処理系	
<p>固体廃棄物処理設備は、廃棄物の種類に応じて、濃縮廃液を固化材（セメント）と混合して固化する固化装置（セメント固化式）又は乾燥・造粒固化する減容固化設備及び固化材と混練して固化するセメント混練固化装置（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。）、可燃性雑固体廃棄物及び使用済樹脂並びに廃スラッジを焼却する雑固体廃棄物焼却設備（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。）、不燃性雑固体廃棄物を熔融・焼却する雑固体減容処理設備（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。））で処理する設計とする。</p>	<p>固体廃棄物処理設備は、廃棄物の種類に応じて、濃縮廃液を乾燥・造粒固化する減容固化設備及び固化材と混練して固化するセメント混練固化装置（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。）、可燃性雑固体廃棄物及び使用済樹脂並びに廃スラッジを焼却する雑固体廃棄物焼却設備（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。）、不燃性雑固体廃棄物を熔融・焼却する雑固体減容処理設備（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。））で処理する設計とする。</p> <p>【39条5】</p>	<p>放射性廃棄物の廃棄施設 要目表</p> <p>放射性廃棄物の廃棄施設 気体、液体又は固体廃棄物処理設備に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>6.1.1 液体廃棄物処理系</p> <p>6.1.2 固体廃棄物処理系</p>	<p>（追加要求事項はないが、本工認で必要な設計）</p> <p>2. 放射線廃棄物の廃棄施設の設計</p> <p>(1) 気体、液体又は固体廃棄物処理設備の一部撤去並びに撤去に伴う追設に関する設計</p>
<p>セメント混練固化装置、雑固体廃棄物焼却設備、雑固体減容処理設備及び固体廃棄物作業建屋は、東海発電所と共用とするが、その処理量は東海第二発電所及び東海発電所における合計の予想発生量を考慮することで安全性を損なわない設計とする。</p>	<p>セメント混練固化装置、雑固体廃棄物焼却設備、雑固体減容処理設備及び固体廃棄物作業建屋は、東海発電所と共用とするが、その処理量は東海第二発電所及び東海発電所における合計の予想発生量を考慮することで安全性を損なわない設計とする。</p> <p>【15条10】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>放射性廃棄物を処理する設備は、放射性廃棄物以外の廃棄物を処理する設備と区別し、放射性廃棄物以外の流体状の廃棄物を流体状の放射性廃棄物を処理する設備に導かない設計とする。</p>	<p>放射性廃棄物を処理する設備は、放射性廃棄物以外の廃棄物を処理する設備と区別し、放射性廃棄物以外の流体状の廃棄物を流体状の放射性廃棄物を処理する設備に導かない設計とする。</p> <p>【39条6】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>放射性廃棄物を処理する設備は、放射性廃棄物が漏えいし難い又は放射性廃棄物を処理する過程において散逸し難い構造とし、かつ、放射性廃棄物に含まれる化学薬品の影響及び不純物の影響により著しく腐食しない設計とする。</p>	<p>放射性廃棄物を処理する設備は、放射性廃棄物が漏えいし難い又は放射性廃棄物を処理する過程において散逸し難い構造とし、かつ、放射性廃棄物に含まれる化学薬品の影響及び不純物の影響により著しく腐食しない設計とする。</p> <p>【39条7】</p>	<p>放射性廃棄物の廃棄施設 要目表</p> <p>放射性廃棄物の廃棄施設 気体、液体又は固体廃棄物処理設備に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>6.1.1 液体廃棄物処理系</p> <p>6.1.2 固体廃棄物処理系</p>	<p>（追加要求事項はないが、本工認で必要な設計）</p> <p>2. 放射線廃棄物の廃棄施設の設計</p> <p>(1) 気体、液体又は固体廃棄物処理設備の一部撤去並びに撤去に伴う追設に関する設計</p>
<p>気体状の放射性廃棄物はフィルタを通し放射性物質の濃度を監視可能な主排気筒等から放出する設計とする。</p> <p>また、フィルタは、放射性物質による汚染の除去又は交換に必要な空間を有するとともに、必要に応じて梯子等を設置し、取替が容易な設計とする。</p>	<p>気体状の放射性廃棄物はフィルタを通し放射性物質の濃度を監視可能な主排気筒等から放出する設計とする。</p> <p>また、フィルタは、放射性物質による汚染の除去又は交換に必要な空間を有するとともに、必要に応じて梯子等を設置し、取替が容易な設計とする。</p> <p>【39条8】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>流体状の放射性廃棄物は、管理区域内で処理す</p>	<p>流体状の放射性廃棄物は、管理区域内で処理す</p>	—	—

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
ることとし、流体状の放射性廃棄物を管理区域外において運搬するための容器は設置しない。	ることとし、流体状の放射性廃棄物を管理区域外において運搬するための容器は設置しない。 【39 条 9】		(追加要求事項なし)
原子炉冷却材圧力バウンダリ内に施設されたものから発生する高放射性の固体状の放射性廃棄物(放射エネルギーが科技庁告示第 5 号第 3 条第 1 号に規定する A ₁ 値又は A ₂ 値を超えるもの(除染等により線量低減ができるものは除く))を管理区域外において運搬するための固体廃棄物移送容器は、容易かつ安全に取扱うことができ、かつ、運搬中に予想される温度及び内圧の変化、振動等により、亀裂、破損等が生じるおそれがない設計とする。 また、固体廃棄物移送容器は、放射性廃棄物が漏えいし難い構造であり、崩壊熱及び放射線の照射により発生する熱に耐え、かつ、放射性廃棄物に含まれる化学薬品の影響及び不純物の影響により著しく腐食しない設計とする。	原子炉冷却材圧力バウンダリ内に施設されたものから発生する高放射性の固体状の放射性廃棄物(放射エネルギーが科技庁告示第 5 号第 3 条第 1 号に規定する A ₁ 値又は A ₂ 値を超えるもの(除染等により線量低減ができるものは除く))を管理区域外において運搬するための固体廃棄物移送容器は、容易かつ安全に取扱うことができ、かつ、運搬中に予想される温度及び内圧の変化、振動等により、亀裂、破損等が生じるおそれがない設計とする。 また、固体廃棄物移送容器は、放射性廃棄物が漏えいし難い構造であり、崩壊熱及び放射線の照射により発生する熱に耐え、かつ、放射性廃棄物に含まれる化学薬品の影響及び不純物の影響により著しく腐食しない設計とする。 【39 条 10】	—	— (追加要求事項なし)
固体廃棄物移送容器は、内部に放射性廃棄物を入れた場合に、放射線障害を防止するため、その表面の線量当量率及びその表面から 1 m の距離における線量当量率が「核燃料物質等の工場又は事業所の外における運搬に関する規則」に定められた線量当量率を超えない設計とする。	固体廃棄物移送容器は、内部に放射性廃棄物を入れた場合に、放射線障害を防止するため、その表面の線量当量率及びその表面から 1 m の距離における線量当量率が「核燃料物質等の工場又は事業所の外における運搬に関する規則」に定められた線量当量率を超えない設計とする。 【39 条 11】	—	— (追加要求事項なし)
1.3 汚染拡大防止 1.3.1 流体状の放射性廃棄物の漏えいし難い構造及び漏えいの拡大防止 放射性液体廃棄物処理施設内部又は内包する放射性廃棄物の濃度が 37 Bq/cm ³ を超える放射性液体廃棄物貯蔵施設内部のうち、流体状の放射性廃棄物の漏えいが拡大するおそれがある部分の漏えいし難い構造、漏えいの拡大防止、堰については、次のとおりとする。	1.3 汚染拡大防止 1.3.1 流体状の放射性廃棄物の漏えいし難い構造及び漏えいの拡大防止 放射性液体廃棄物処理施設内部又は内包する放射性廃棄物の濃度が 37 Bq/cm ³ を超える放射性液体廃棄物貯蔵施設内部のうち、流体状の放射性廃棄物の漏えいが拡大するおそれがある部分の漏えいし難い構造、漏えいの拡大防止、堰については、次のとおりとする。 【39 条 12】【40 条 4】	放射性廃棄物の廃棄施設 要目表 放射性廃棄物の廃棄施設 堰その他の設備の配置を明示した図面 6.2 堰その他設備	(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計) 4. 廃棄物処理建屋の堰に関する設計 (1) 廃棄物処理建屋の堰に関する設計 (2) 廃棄物処理建屋の堰の撤去に関する設計
(1) 漏えいし難い構造 全ての床面、適切な高さまでの壁面及びその両者の接合部は、耐水性を有する設計とし、	(1) 漏えいし難い構造 全ての床面、適切な高さまでの壁面及びその両者の接合部は、耐水性を有する設計とし、	放射性廃棄物の廃棄施設 要目表 放射性廃棄物の廃棄施設 堰その他の設備の配置を明	(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計) 4. 廃棄物処理建屋の堰に関する設計 (1) 廃棄物処理建屋の堰に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
流体状の放射性廃棄物が漏えいし難い構造とする。また、その貫通部は堰の機能を失わない構造とする。	流体状の放射性廃棄物が漏えいし難い構造とする。また、その貫通部は堰の機能を失わない構造とする。 【39 条 13】【40 条 5】	示した図面 6.2 堰その他設備	(2) 廃棄物処理建屋の堰の撤去に関する設計
(2) 漏えいの拡大防止 床面は、床面の傾斜又は床面に設けられた溝の傾斜により流体状の放射性廃棄物が排液受け口に導かれる構造とし、かつ、気体状のものを除く流体状の放射性廃棄物を処理又は貯蔵する設備の周辺部には、堰又は堰と同様の効果を有するものを施設し、流体状の放射性廃棄物の漏えいの拡大を防止する設計とする。	(2) 漏えいの拡大防止 床面は、床面の傾斜又は床面に設けられた溝の傾斜により流体状の放射性廃棄物が排液受け口に導かれる構造とし、かつ、気体状のものを除く流体状の放射性廃棄物を処理又は貯蔵する設備の周辺部には、堰又は堰と同様の効果を有するものを施設し、流体状の放射性廃棄物の漏えいの拡大を防止する設計とする。 【39 条 14】【40 条 6】	放射性廃棄物の廃棄施設 要目表 放射性廃棄物の廃棄施設 堰その他の設備の配置を明示した図面 6.2 堰その他設備	(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計) 4. 廃棄物処理建屋の堰に関する設計 (1) 廃棄物処理建屋の堰に関する設計 (2) 廃棄物処理建屋の堰の撤去に関する設計
(3) 放射性廃棄物処理施設に係る堰の施設 放射性廃棄物処理施設外に通じる出入口又はその周辺部には、堰を施設することにより、流体状の放射性廃棄物が施設外へ漏えいすることを防止する設計とする。	(3) 放射性廃棄物処理施設に係る堰の施設 放射性廃棄物処理施設外に通じる出入口又はその周辺部には、堰を施設することにより、流体状の放射性廃棄物が施設外へ漏えいすることを防止する設計とする。 【39 条 15】	放射性廃棄物の廃棄施設 要目表 放射性廃棄物の廃棄施設 堰その他の設備の配置を明示した図面 6.2 堰その他設備	(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計) 4. 廃棄物処理建屋の堰に関する設計 (1) 廃棄物処理建屋の堰に関する設計 (2) 廃棄物処理建屋の堰の撤去に関する設計
施設外へ漏えいすることを防止するための堰は、処理する設備に係わる配管について、長さが当該設備に接続される配管の内径の 1/2、幅がその配管の肉厚の 1/2 の大きさの開口を当該設備と当該配管との接合部近傍に仮定したとき、開口からの流体状の放射性廃棄物の漏えい量のうち最大の漏えい量をもってしても、流体状の放射性廃棄物の漏えいが広範囲に拡大することを防止する設計とする。 この場合の仮定は堰の能力を算定するためにのみに設けるものであり、開口は施設内の貯蔵設備に 1 ヶ所想定し、漏えい時間は漏えいを適切に止めることができるまでの時間とし、床ドレンファンネルの排出機能を考慮する。床ドレンファンネルは、その機能が確実なものとなるように設計する。	施設外へ漏えいすることを防止するための堰は、処理する設備に係わる配管について、長さが当該設備に接続される配管の内径の 1/2、幅がその配管の肉厚の 1/2 の大きさの開口を当該設備と当該配管との接合部近傍に仮定したとき、開口からの流体状の放射性廃棄物の漏えい量のうち最大の漏えい量をもってしても、流体状の放射性廃棄物の漏えいが広範囲に拡大することを防止する設計とする。 この場合の仮定は堰の能力を算定するためにのみに設けるものであり、開口は施設内の貯蔵設備に 1 ヶ所想定し、漏えい時間は漏えいを適切に止めることができるまでの時間とし、床ドレンファンネルの排出機能を考慮する。床ドレンファンネルは、その機能が確実なものとなるように設計する。 【39 条 16】	—	— (追加要求事項なし)
(4) 放射性廃棄物貯蔵施設に係る堰の施設	(4) 放射性廃棄物貯蔵施設に係る堰の施設	放射性廃棄物の廃棄施設 要目表	(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>放射性廃棄物貯蔵施設外に通じる出入口又はその周辺部には、堰を施設することにより、流体状の放射性廃棄物が施設外へ漏えいすることを防止する設計とする。</p> <p>漏えいの拡大を防止するための堰及び施設外へ漏えいすることを防止するための堰は、開口を仮定する貯蔵設備が設置されている区画内の床ドレンファンネルの排出機能を考慮しないものとし、流体状の放射性廃棄物の施設外への漏えいを防止できる能力をもつ設計とする。</p>	<p>放射性廃棄物貯蔵施設外に通じる出入口又はその周辺部には、堰を施設することにより、流体状の放射性廃棄物が施設外へ漏えいすることを防止する設計とする。</p> <p>漏えいの拡大を防止するための堰及び施設外へ漏えいすることを防止するための堰は、開口を仮定する貯蔵設備が設置されている区画内の床ドレンファンネルの排出機能を考慮しないものとし、流体状の放射性廃棄物の施設外への漏えいを防止できる能力をもつ設計とする。</p> <p>【40条7】</p>	<p>放射性廃棄物の廃棄施設 堰その他の設備の配置を明示した図面</p> <p>6.2 堰その他設備</p>	<p>4. 廃棄物処理建屋の堰に関する設計</p> <p>(1) 廃棄物処理建屋の堰に関する設計</p> <p>(2) 廃棄物処理建屋の堰の撤去に関する設計</p>
<p>1.3.2 固体状の放射性廃棄物の汚染拡大防止</p> <p>固体状の放射性廃棄物を貯蔵する設備が設置される発電用原子炉施設は、固体状の放射性廃棄物をドラム缶に詰める、容器に入れる又はタンク内に貯蔵することによる汚染拡大防止措置を講じることにより、放射性廃棄物による汚染が広がらない設計とする。</p>	<p>1.3.2 固体状の放射性廃棄物の汚染拡大防止</p> <p>固体状の放射性廃棄物を貯蔵する設備が設置される発電用原子炉施設は、固体状の放射性廃棄物をドラム缶に詰める、容器に入れる又はタンク内に貯蔵することによる汚染拡大防止措置を講じることにより、放射性廃棄物による汚染が広がらない設計とする。</p> <p>【40条3】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>1.4 排水路</p> <p>液体廃棄物処理設備、液体廃棄物貯蔵設備及びこれらに関連する施設を設ける建屋の床面下には、発電所外に管理されずに排出される排水が流れる排水路を施設しない設計とする。</p>	<p>1.4 排水路</p> <p>液体廃棄物処理設備、液体廃棄物貯蔵設備及びこれらに関連する施設を設ける建屋の床面下には、発電所外に管理されずに排出される排水が流れる排水路を施設しない設計とする。</p> <p>【39条17】【40条8】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>また、液体廃棄物処理設備、液体廃棄物貯蔵設備及びこれらに関連する施設を設ける建屋内部には発電所外に管理されずに排出される排水が流れる排水路に通じる開口部を設けない設計とする。</p>	<p>また、液体廃棄物処理設備、液体廃棄物貯蔵設備及びこれらに関連する施設を設ける建屋内部には発電所外に管理されずに排出される排水が流れる排水路に通じる開口部を設けない設計とする。</p> <p>【41条3】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>2. 警報装置等</p> <p>流体状の放射性廃棄物を処理し、又は貯蔵する設備から流体状の放射性廃棄物が著しく漏えいするおそれが発生した場合（床への漏えい又はそのおそれ（数滴程度の微少漏えいを除く。）を早期に検出するよう、タンクの水位、漏えい検知等によりこれらを確実に検出して自動的に警報（機器ドレン、床ドレン</p>	<p>変更なし</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
<p>の容器又はサンプの水位) を発信する装置を設けるとともに、表示ランプの点灯及びブザー鳴動等により運転員に通報できる設計とする。</p> <p>また、タンク水位の検出器、インターロック等の適切な計測制御設備を設けることにより、漏えいの発生を防止できる設計とする。</p> <p>【47 条 3】</p>			
<p>放射性廃棄物を処理し、又は貯蔵する設備に係る主要な機械又は器具の動作状態を正確、かつ迅速に把握できるようポンプの運転停止状態及び弁の開閉状態等を表示灯により監視できる設計とする。</p> <p>【47 条 5】</p>	変更なし	—	— (追加要求事項なし)
<p>3. 主要対象設備</p> <p>放射性廃棄物の廃棄施設の対象となる主要な設備について、「表 1 放射性廃棄物の廃棄施設の主要設備リスト」に示す。</p>	<p>3. 主要対象設備</p> <p>放射性廃棄物の廃棄施設の対象となる主要な設備について、「表 1 放射性廃棄物の廃棄施設の主要設備リスト」に示す。</p>	—	— (「主要設備リスト」による)

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-6【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（放射線管理施設）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：放射線管理施設】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子力設備に関する技術基準を定める省令」, 「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
<p>第1章 共通項目</p> <p>放射線管理施設の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。</p>	<p>第1章 共通項目</p> <p>放射線管理施設の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。</p>	—	1. 共通的に適用される設計
<p>第2章 個別項目</p> <p>1. 放射線管理施設</p> <p>1.1 放射線管理用計測装置</p> <p>発電用原子炉施設には, 通常運転時, 運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において, 当該発電用原子炉施設における各系統の放射性物質の濃度, 管理区域内等の主要箇所的外部放射線に係る線量当量率等を監視, 測定するために, プロセスモニタリング設備, エリアモニタリング設備及び分析用放射線測定装置並びに携帯用及び半固定放射線検出器を設ける。</p> <p>出入管理室(東海, 東海第二発電所共用(以下同じ。))には, 放射線業務従事者及び一時立入者の出入管理, 汚染管理のための測定機器等を設ける。</p> <p>各系統の試料, 放射性廃棄物の放出管理用試料及び環境試料の化学分析並びに放射能測定を行うため, 化学分析室, 放射能測定室, 環境試料測定室(東海, 東海第二発電所共用)に測定機器を設ける。</p>	<p>第2章 個別項目</p> <p>1. 放射線管理施設</p> <p>1.1 放射線管理用計測装置</p> <p>発電用原子炉施設には, 通常運転時, 運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において, 当該発電用原子炉施設における各系統の放射性物質の濃度, 管理区域内等の主要箇所的外部放射線に係る線量当量率等を監視, 測定するために, プロセスモニタリング設備, エリアモニタリング設備及び分析用放射線測定装置並びに携帯用及び半固定放射線検出器を設ける。</p> <p>【34条4】</p> <p>出入管理室(東海, 東海第二発電所共用(以下同じ。))には, 放射線業務従事者及び一時立入者の出入管理, 汚染管理のための測定機器等を設ける。</p> <p>【34条5】</p> <p>各系統の試料, 放射性廃棄物の放出管理用試料及び環境試料の化学分析並びに放射能測定を行うため, 化学分析室, 放射能測定室, 環境試料測定室(東海, 東海第二発電所共用)に測定機器を設ける。</p> <p>【34条6】</p>	—	— (冒頭宣言)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>発電所外へ放出する放射性物質の濃度、周辺監視区域境界付近の空間線量率等を監視するために、プロセスモニタリング設備、固定式周辺モニタリング設備及び移動式周辺モニタリング設備を設ける。また、風向、風速その他の気象条件を測定するため、環境測定装置を設ける。</p>	<p>発電所外へ放出する放射性物質の濃度、周辺監視区域境界付近の空間線量率等を監視するために、プロセスモニタリング設備、固定式周辺モニタリング設備及び移動式周辺モニタリング設備を設ける。また、風向、風速その他の気象条件を測定するため、環境測定装置を設ける。</p> <p>【34条7】</p>		
<p>プロセスモニタリング設備、エリアモニタリング設備及び固定式周辺モニタリング設備については、設計基準事故時における迅速な対応のために必要な情報を中央制御室に表示できる設計とする。</p>	<p>プロセスモニタリング設備、エリアモニタリング設備及び固定式周辺モニタリング設備については、設計基準事故時における迅速な対応のために必要な情報を中央制御室及び緊急時対策所に表示できる設計とする。</p> <p>【34条8】</p>	—	— (冒頭宣言)
<p>設計基準対象施設は、発電用原子炉施設の機械又は器具の機能の喪失、誤操作その他の異常により発電用原子炉の運転に著しい支障を及ぼすおそれが発生した場合（原子炉建屋原子炉棟内の放射能レベルが設定値を超えた場合、主蒸気管又は空気抽出器排ガス中の放射能レベルが設定値を超えた場合等）に、これらを確実に検出して自動的に警報（原子炉建屋放射能高、主蒸気管放射能高等）を発信する装置を設ける。</p> <p>排気筒の出口又はこれに近接する箇所における排気中の放射性物質の濃度、管理区域内において人が常時立ち入る場所その他放射線管理を特に必要とする場所（燃料取扱場所その他の放射線業務従事者に対する放射線障害の防止のための措置を必要とする場所をいう。）の線量当量率及び周辺監視区域に隣接する地域における空間線量率が著しく上昇した場合に、これらを確実に検出して自動的に中央制御室に警報（排気筒放射能高、エリア放射線モニタ放射能高及び周辺監視区域放射能高）を発信する装置を設ける。</p> <p>上記の警報を発信する装置は、表示ランプの点灯及びブザー鳴動等により運転員に通報できる設</p>	<p>設計基準対象施設は、発電用原子炉施設の機械又は器具の機能の喪失、誤操作その他の異常により発電用原子炉の運転に著しい支障を及ぼすおそれが発生した場合（原子炉建屋原子炉棟内の放射能レベルが設定値を超えた場合、主蒸気管又は空気抽出器排ガス中の放射能レベルが設定値を超えた場合等）に、これらを確実に検出して自動的に警報（原子炉建屋放射能高、主蒸気管放射能高等）を発信する装置を設ける。</p> <p>【47条1】</p> <p>排気筒の出口又はこれに近接する箇所における排気中の放射性物質の濃度、管理区域内において人が常時立ち入る場所その他放射線管理を特に必要とする場所（燃料取扱場所その他の放射線業務従事者に対する放射線障害の防止のための措置を必要とする場所をいう。）の線量当量率及び周辺監視区域に隣接する地域における空間線量率が著しく上昇した場合に、これらを確実に検出して自動的に中央制御室に警報（排気筒放射能高、エリア放射線モニタ放射能高及び周辺監視区域放射能高）を発信する装置を設ける。</p> <p>【47条2】</p> <p>上記の警報を発信する装置は、表示ランプの点灯及びブザー鳴動等により運転員に通報できる設</p>	—	— (冒頭宣言)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
計とする。	計とする。 【47条1】【47条2】		
<p>環境試料測定設備は、東海発電所と共用するが、東海第二発電所及び東海発電所の共通の対象である発電所周辺の放射線等を監視、測定するために必要な仕様を満足する設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。</p> <p>出入管理室は、東海発電所と共用するが、東海第二発電所及び東海発電所の共通の対象である管理区域の出入管理及び被ばく線量の監視をするために必要な仕様を満足する設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。</p>	<p>環境試料測定設備は、東海発電所と共用するが、東海第二発電所及び東海発電所の共通の対象である発電所周辺の放射線等を監視、測定するために必要な仕様を満足する設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。</p> <p>【15条15】</p> <p>出入管理室は、東海発電所と共用するが、東海第二発電所及び東海発電所の共通の対象である管理区域の出入管理及び被ばく線量の監視をするために必要な仕様を満足する設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。</p> <p>【15条16】</p>	—	— (冒頭宣言)
—	<p>重大事故等が発生した場合に発電所及びその周辺（発電所の周辺海域を含む。）において、発電用原子炉施設から放出される放射性物質の濃度及び放射線量を監視し、及び測定し、並びにその結果を記録するために、移動式周辺モニタリング設備を保管する設計とする。</p> <p>【75条1】</p> <p>重大事故等が発生した場合に発電所において、風向、風速その他の気象条件を測定し、及びその結果を記録するために、環境測定装置を保管する設計とする。</p> <p>【75条10】</p> <p>重大事故等が発生し、当該重大事故等に対処するために監視することが必要なパラメータとして、原子炉格納容器内の放射線量率、最終ヒートシンクの確保及び使用済燃料プールの監視に必要なパラメータを計測する装置を設ける設計とする。</p> <p>【73条2】</p>	—	— (冒頭宣言)
—	<p>重大事故等が発生し、計測機器（非常用のものを含む。）の故障により、当該重大事故等に対処するために監視することが必要なパラメータを計測することが困難となった場合において、当該パラメータを推定するために必要なパラメータを計測す</p>	<p>V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（放射線管理施設）</p> <p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する</p>	<p>2. プロセスモニタリング設備に関する設計</p> <p>2.1 原子炉格納容器本体内の放射性物質濃度を計測する装置</p> <p>(1) 格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W, S/C)</p> <p>2.2 放射性物質により汚染するおそれがある管理区</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>る設備を設置する設計とする。</p> <p>【73条1】</p> <p>重大事故等に対処するために監視することが必要なパラメータは、炉心損傷防止対策及び格納容器破損防止対策等を成功させるために必要な発電用原子炉施設の状態を把握するためのパラメータとし、計測する装置は「表1 放射線管理施設の主要設備リスト」のプロセスモニタリング設備に示す重大事故等対処設備、エリアモニタリング設備のうち使用済燃料プールエリア放射線モニタ（低レンジ）、使用済燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ）とする。</p> <p>【73条3】</p>	<p>説明書</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3. 放射線管理用計測装置の構成</p> <p>4. 放射線管理用計測装置の計測範囲及び警報動作範囲</p>	<p>域から環境に放出する排水中又は排気中の放射性物質濃度を測定する装置</p> <p>(1) フィルタ装置出口放射線モニタ（低レンジ，高レンジ）</p> <p>(2) 耐圧強化ベント系放射線モニタ</p> <p>3. エリアモニタリング設備に関する設計</p> <p>3.2 使用済燃料貯蔵槽エリアの線量当量率を計測する装置</p> <p>(2) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ（低レンジ，高レンジ）</p> <p>6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示，記録の保存に関する設計</p>
—	<p>炉心損傷防止対策及び格納容器破損防止対策等を成功させるために必要な発電用原子炉施設の状態を把握するためのパラメータを計測する装置は、設計基準事故等に想定される変動範囲の最大値を考慮し、適切に対応するための計測範囲を有する設計とするとともに、重大事故等が発生し、当該重大事故等に対処するために監視することが必要な原子炉格納容器の線量当量率等のパラメータの計測が困難となった場合に、代替パラメータにより推定ができる設計とする。</p> <p>【73条7】</p>	<p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3. 放射線管理用計測装置の構成</p> <p>4. 放射線管理用計測装置の計測範囲及び警報動作範囲</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>3. 系統施設毎の設計上の考慮</p>	<p>2. プロセスモニタリング設備に関する設計</p> <p>2.1 原子炉格納容器本体内の放射性物質濃度を計測する装置</p> <p>(1) 格納容器雰囲気放射線モニタ（D/W，S/C）</p> <p>2.2 放射性物質により汚染するおそれがある管理区域から環境に放出する排水中又は排気中の放射性物質濃度を測定する装置</p> <p>(1) フィルタ装置出口放射線モニタ（低レンジ，高レンジ）</p> <p>(2) 耐圧強化ベント系放射線モニタ</p> <p>3. エリアモニタリング設備に関する設計</p> <p>3.2 使用済燃料貯蔵槽エリアの線量当量率を計測する装置</p> <p>(2) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ（低レンジ，高レンジ）</p> <p>6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示，記録の保存に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p><u>また、重大事故等時に設計基準を超える状態における発電用原子炉施設の状態を把握するための能力(計測可能範囲)を明確にするとともに、パラメータの計測が困難となった場合の代替パラメータによる推定等、複数のパラメータの中から確からしさを考慮した優先順位を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【73条6】【73条8】</p> <p>原子炉格納容器内の放射線量率等想定される重大事故等の対応に必要なパラメータは、計測又は監視できる設計とする。また、計測結果は中央制御室に指示又は表示し、記録できる設計とする。</p> <p>【73条11】</p> <p>重大事故等の対応に必要なパラメータは、安全パラメータ表示システム(S P D S)のうち緊急時対策支援システム伝送装置にて電磁的に記録、保存し、電源喪失により保存した記録が失われなるとともに帳票が出力できる設計とする。また、記録は必要な容量を保存できる設計とする。</p> <p>【73条12】</p>	<p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3. 放射線管理用計測装置の構成</p> <p>4. 放射線管理用計測装置の計測範囲及び警報動作範囲</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>2. プロセスモニタリング設備に関する設計</p> <p>2.1 原子炉格納容器本体内の放射性物質濃度を計測する装置</p> <p>(1) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W, S/C)</p> <p>2.2 放射性物質により汚染するおそれがある管理区域から環境に放出する排水中又は排気中の放射性物質濃度を測定する装置</p> <p>(1) フィルタ装置出口放射線モニタ(低レンジ, 高レンジ)</p> <p>(2) 耐圧強化ベント系放射線モニタ</p> <p>3. エリアモニタリング設備に関する設計</p> <p>3.2 使用済燃料貯蔵槽エリアの線量当量率を計測する装置</p> <p>(2) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(低レンジ, 高レンジ)</p> <p>6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計</p> <p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>炉心損傷防止対策及び格納容器破損防止対策等を成功させるために必要な発電用原子炉施設の状態を把握するためのパラメータを計測する装置の電源は、非常用交流電源設備又は非常用直流電源設備の喪失等により計器電源が喪失した場合において、代替電源設備として常設代替交流電源設備、可搬型代替交流電源設備、所内常設直流電源設備、常設代替直流電源設備又は可搬型代替直流電源設備を使用できる設計とする。</p> <p>【73条9】</p>	<p>第1-4-1 図 単線結線図(1/5)</p> <p>第1-4-2 図 単線結線図(2/5)</p> <p>第1-4-4 図 単線結線図(4/5)</p> <p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>3. 放射線管理用計測装置の構成</p>	<p>2. プロセスモニタリング設備に関する設計</p> <p>2.1 原子炉格納容器本体内の放射性物質濃度を計測する装置</p> <p>(1) 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W, S/C)</p> <p>2.2 放射性物質により汚染するおそれがある管理区域から環境に放出する排水中又は排気中の放射性物質濃度を測定する装置</p> <p>(1) フィルタ装置出口放射線モニタ(低レンジ, 高レンジ)</p> <p>(2) 耐圧強化ベント系放射線モニタ</p> <p>3. エリアモニタリング設備に関する設計</p> <p>3.2 使用済燃料貯蔵槽エリアの線量当量率を計測する装置</p> <p>(2) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(低レンジ, 高レンジ)</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>1.1.1 プロセスモニタリング設備</p> <p>通常運転時，運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において，原子炉格納容器内の放射性物質の濃度及び線量当量率，主蒸気管中及び空気抽出器その他の蒸気タービン又は復水器に接続する放射性物質を内包する設備の排ガス中の放射性物質の濃度，排気筒の出口又はこれに近接する箇所における排気中の放射性物質の濃度を計測するためのプロセスモニタリング設備を設け，計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また，計測結果を記録できる設計とする。</p>	<p>1.1.1 プロセスモニタリング設備</p> <p>通常運転時，運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において，原子炉格納容器内の放射性物質の濃度及び線量当量率，主蒸気管中及び空気抽出器その他の蒸気タービン又は復水器に接続する放射性物質を内包する設備の排ガス中の放射性物質の濃度，排気筒の出口又はこれに近接する箇所における排気中の放射性物質の濃度を計測するためのプロセスモニタリング設備を設け，計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また，計測結果を記録し，及び保存できる設計とする。</p> <p>【34条18】【34条20】【34条21】</p>	<p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.1 設計基準対象施設に関する計測</p> <p>3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示，記録及び保存</p>	<p>2. プロセスモニタリング設備に関する設計</p> <p>2.1 原子炉格納容器本体内の放射性物質濃度を計測する装置</p> <p>(1) 格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W, S/C)</p> <p>2.2 放射性物質により汚染するおそれがある管理区域から環境に放出する排水中又は排気中の放射性物質濃度を測定する装置</p> <p>(1) フィルタ装置出口放射線モニタ (低レンジ, 高レンジ)</p> <p>(2) 耐圧強化ベント系放射線モニタ</p> <p>6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示，記録の保存に関する設計</p>
<p>原子炉冷却材の放射性物質の濃度，排気筒の出口又はこれに近接する箇所における排気中の放射性物質の濃度及び排水口又はこれに近接する箇所における排水中の放射性物質の濃度は，試料採取設備により断続的に試料を採取し分析を行い，測定結果を記録する。</p>	<p>原子炉冷却材の放射性物質の濃度，排気筒の出口又はこれに近接する箇所における排気中の放射性物質の濃度及び排水口又はこれに近接する箇所における排水中の放射性物質の濃度は，試料採取設備により断続的に試料を採取し分析を行い，測定結果を記録し，及び保存する。</p> <p>【34条13】【34条22】【34条23】</p>	<p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.1 設計基準対象施設に関する計測</p> <p>3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示，記録及び保存</p>	<p>6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示，記録の保存に関する設計</p>
<p>放射性物質により汚染するおそれがある管理区域内に開口部がある排水路を施設しないことから，排水路の出口近傍における排水中の放射性物質の濃度を計測するための設備を設けない設計とする。</p>	<p>放射性物質により汚染するおそれがある管理区域内に開口部がある排水路を施設しないことから，排水路の出口近傍における排水中の放射性物質の濃度を計測するための設備を設けない設計とする。</p> <p>【34条24】</p>	<p>—</p>	<p>—</p> <p>(追加要求事項なし)</p>
<p>プロセスモニタリング設備のうち，原子炉格納容器内の線量当量率を計測する格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) は，それぞれ多重性，独立性を確保した設計とする。</p>	<p>プロセスモニタリング設備のうち，原子炉格納容器内の線量当量率を計測する格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W) 及び格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C) は，それぞれ多重性，独立性を確保した設計とする。</p> <p>【34条19】</p>	<p>—</p>	<p>—</p> <p>(追加要求事項なし)</p>
<p>—</p>	<p>格納容器圧力逃がし装置の排出経路における放射線量率を測定し，放射性物質濃度を推定できるよう，フィルタ装置出口配管にフィルタ装置出口放射線モニタ (低レンジ)，フィ</p>	<p>V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (放射線管理施設)</p> <p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明</p>	<p>2. プロセスモニタリング設備に関する設計</p> <p>2.2 放射性物質により汚染するおそれがある管理区域から環境に放出する排水中又は排気中の放射性物質濃度を測定する装置</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>ルタ装置出口放射線モニタ（高レンジ）を設ける設計とする。</p> <p>【67条12】</p>	<p>書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3.1 プロセスモニタリング設備</p> <p>3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録及び保存</p> <p>4. 放射線管理用計測装置の計測範囲及び警報動作範囲</p>	<p>(1) フィルタ装置出口放射線モニタ（低レンジ、高レンジ）</p> <p>6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計</p>
—	<p>フィルタ装置出口放射線モニタ（低レンジ）、フィルタ装置出口放射線モニタ（高レンジ）は、常設代替直流電源設備又は可搬型代替直流電源設備から給電が可能な設計とする。</p> <p>【67条14】</p>	<p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>3. 放射線管理用計測装置の構成</p>	<p>2. プロセスモニタリング設備に関する設計</p> <p>2.2 放射性物質により汚染するおそれがある管理区域から環境に放出する排水中又は排気中の放射性物質濃度を測定する装置</p> <p>(1) フィルタ装置出口放射線モニタ（低レンジ、高レンジ）</p>
<p>1.1.2 エリアモニタリング設備</p> <p>通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時に、管理区域内において人が常時立ち入る場所その他放射線管理を特に必要とする場所の線量当量率を計測するためのエリアモニタリング設備を設け、計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また、計測結果を記録できる設計とする。</p>	<p>1.1.2 エリアモニタリング設備</p> <p>通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時に、管理区域内において人が常時立ち入る場所その他放射線管理を特に必要とする場所の線量当量率を計測するためのエリアモニタリング設備を設け、計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また、計測結果を記録し、及び保存できる設計とする。</p> <p>【34条25】</p>	<p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.1 設計基準対象施設に関する計測</p> <p>3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録及び保存</p>	<p>3. エリアモニタリング設備に関する設計</p> <p>3.1 緊急時対策所の線量当量率を計測する装置</p> <p>(1) 緊急時対策所エリアモニタ</p> <p>3.2 使用済燃料貯蔵槽エリアの線量当量率を計測する装置</p> <p>(1) 原子炉建屋エリアモニタ（燃料取替フロア燃料プール）</p> <p>(2) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ（低レンジ、高レンジ）</p> <p>6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計</p>
—	<p>エリアモニタリング設備のうち、原子炉建屋エリアモニタ（燃料取替フロア燃料プール）は、外部電源が使用できない場合においても非常用所内電源系からの電源供給により、線量当量率を計測することができる設計とする。</p> <p>【34条26】</p>	<p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.1 設計基準対象施設に関する計測</p> <p>3.2 エリアモニタリング設備</p>	<p>3. エリアモニタリング設備に関する設計</p> <p>3.2 使用済燃料貯蔵槽エリアの線量当量率を計測する装置</p> <p>(1) 原子炉建屋エリアモニタ（燃料取替フロア燃料プール）</p> <p>6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計</p>
—	<p>重大事故等時に使用済燃料プールの監視設備として、使用済燃料プールエリア放射線モニタ（低レンジ）及び使用済燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ）を設け、想定される重大事故等により変動する可能性のある範囲</p>	<p>V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（放射線管理施設）</p> <p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する</p>	<p>3. エリアモニタリング設備に関する設計</p> <p>3.2 使用済燃料貯蔵槽エリアの線量当量率を計測する装置</p> <p>(2) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ（低レンジ、高レンジ）</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>にわたり測定可能な設計とする。また、計測結果は中央制御室に表示し、記録及び保存できる設計とする。</p> <p>【69条51】</p>	<p>説明書</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3.2 エリアモニタリング設備</p> <p>3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録及び保存</p> <p>4. 放射線管理用計測装置の計測範囲及び警報動作範囲</p>	<p>6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計</p>
—	<p>使用済燃料プールエリア放射線モニタ（低レンジ）及び使用済燃料プールエリア放射線モニタ（高レンジ）は、常設代替直流電源設備又は可搬型代替直流電源設備から給電が可能な設計とする。</p> <p>【69条53】</p>	<p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>3. 放射線管理用計測装置の構成</p>	<p>3. エリアモニタリング設備に関する設計</p> <p>3.2 使用済燃料貯蔵槽エリアの線量当量率を計測する装置</p> <p>(2) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ（低レンジ、高レンジ）</p>
—	<p>エリアモニタリング設備のうち緊急時対策所に設ける緊急時対策所エリアモニタは、重大事故等時に緊急時対策所内への希ガス等の放射性物質の侵入を低減又は防止するための確実な判断ができるよう放射線量を監視、測定し、計測結果を記録及び保存できる設計とする。</p> <p>【76条20】</p>	<p>V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（放射線管理施設）</p> <p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3.2 エリアモニタリング設備</p> <p>3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録及び保存</p> <p>4. 放射線管理用計測装置の計測範囲及び警報動作範囲</p>	<p>3. エリアモニタリング設備に関する設計</p> <p>3.1 緊急時対策所の線量当量率を計測する装置</p> <p>(1) 緊急時対策所エリアモニタ</p> <p>6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計</p>
<p>1.1.3 固定式周辺モニタリング設備</p> <p>通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において、周辺監視区域境界付近の空間線量率を監視及び測定するための固定式周辺モニタリング設備としてモニタリング・ポスト（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。））を設け、中央制御室に計測結果を表示できる設計とする。また、計測結果を記録できる設計とする。</p>	<p>1.1.3 固定式周辺モニタリング設備</p> <p>通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において、周辺監視区域境界付近の空間線量率を監視及び測定するための固定式周辺モニタリング設備としてモニタリング・ポスト（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。））を設け、中央制御室及び緊急時対策所に計測結果を表示できる設計とする。また、計測結果を記録し、及び保存できる設計とする。</p> <p>【34条27】</p>	<p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.1 設計基準対象施設に関する計測</p> <p>3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録及び保存</p>	<p>4. 固定式周辺モニタリング設備に関する設計</p> <p>6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>モニタリング・ポストは、外部電源が使用できない場合においても、非常用交流電源設備により、空間線量率を計測することができる設計とする。さらに、モニタリング・ポストは、専用の無停電電源装置を有し、電源切替時の短時間の停電時に電源を供給できる設計とし、重大事故等が発生した場合には、非常用交流電源設備に加えて、代替電源設備である常設代替交流電源設備及び可搬型代替交流電源設備から給電できる設計とする。</p> <p>【34条29】【75条9】</p>	<p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.1 設計基準対象施設に関する計測</p> <p>2.2 重大事故等対処設備に関する計測</p> <p>3.3 固定式周辺モニタリング設備</p>	4. 固定式周辺モニタリング設備に関する設計
—	<p>モニタリング・ポストで計測したデータの伝送系は、モニタリング・ポスト設置場所から中央制御室及び中央制御室から緊急時対策所建屋間において有線系回線と衛星系回線又は無線系回線により多様性を有する設計とする。</p> <p>【34条30】</p>	<p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.1 設計基準対象施設に関する計測</p> <p>3.3 固定式周辺モニタリング設備</p>	4. 固定式周辺モニタリング設備に関する設計
<p>モニタリング・ポストは、東海発電所と共用するが、東海第二発電所及び東海発電所の共通の対象である発電所周辺の放射線等を監視、測定するために必要な仕様を満足する設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。</p>	<p>モニタリング・ポストは、東海発電所と共用するが、東海第二発電所及び東海発電所の共通の対象である発電所周辺の放射線等を監視、測定するために必要な仕様を満足する設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。</p> <p>【15条15】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>1.1.4 移動式周辺モニタリング設備</p> <p>通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において、周辺監視区域境界付近の放射性物質の濃度を計測するための移動式周辺モニタリング設備として、空気中の放射性粒子及び放射性よう素の濃度を測定するサンブラと測定器を備えた放射能観測車（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。））を設け、測定結果を表示し、記録できる設計とする。ただし、放射能観測車による断続的な試料の分析は、従事者が測定結果を記録し、その記録を確認することをもって、これに代えるものとする。</p>	<p>1.1.4 移動式周辺モニタリング設備</p> <p>通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において、周辺監視区域境界付近の放射性物質の濃度を計測するための移動式周辺モニタリング設備として、空気中の放射性粒子及び放射性よう素の濃度を測定するサンブラと測定器を備えた放射能観測車（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。））を設け、測定結果を表示し、記録し、及び保存できる設計とする。ただし、放射能観測車による断続的な試料の分析は、従事者が測定結果を記録し、及びこれを保存し、その記録を確認することをもって、これに代えるものとする。</p> <p>【34条31】</p>	<p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>2.1 設計基準対象施設に関する計測</p> <p>3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録及び保存</p>	<p>5. 移動式周辺モニタリング設備に関する設計</p> <p>(1) 可搬型モニタリング・ポスト</p> <p>(2) 可搬型放射線計測装置</p> <p>6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
放射能観測車は、東海発電所と共用するが、東海第二発電所及び東海発電所の共通の対象である発電所周辺の放射線等を監視、測定するために必要な仕様を満足する設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。	放射能観測車は、東海発電所と共用するが、東海第二発電所及び東海発電所の共通の対象である発電所周辺の放射線等を監視、測定するために必要な仕様を満足する設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。 【15条15】	—	— (追加要求事項なし)
—	重大事故等が発生した場合に発電所及びその周辺(発電所の周辺海域を含む。)において、発電用原子炉施設から放出される放射性物質の濃度(空气中、水中、土壌中)及び放射線量を監視するための移動式周辺モニタリング設備として、NaIシンチレーションサーベイ・メータ、β線サーベイ・メータ、ZnSシンチレーションサーベイ・メータ及び電離箱サーベイ・メータを設け、測定結果を記録し、保存できるように測定値を表示できる設計とし、可搬型ダスト・よう素サンプラ(個数2(予備1))、小型船舶(個数1(予備1))を保管する設計とする。 【75条2】	V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(放射線管理施設) V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 2.2 重大事故等対処設備に関する計測 3.4 移動式周辺モニタリング設備 3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録及び保存 3.6 その他 4. 放射線管理用計測装置の計測範囲及び警報動作範囲 V-1-7-2 管理区域の出入管理設備及び環境試料分析装置に関する説明書 2. 基本方針 3.2 可搬型放射能測定装置等及び環境試料分析装置	5. 移動式周辺モニタリング設備に関する設計 (2) 可搬型放射線計測装置 6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計
—	放射能観測車のダスト・よう素サンプラ、よう素測定装置又はダストモニタが機能喪失した場合にその機能を代替する重大事故等対処設備として、可搬型ダスト・よう素サンプラ、NaIシンチレーションサーベイ・メータ、β線サーベイ・メータ及びZnSシンチレーションサーベイ・メータを設け、重大事故等が発生した場合に、発電所及びその周辺において、発電用原子炉施設から放出される放射性物質の濃度(空气中)を監視し、及び測定し、並びにその結果を記録し、保存できるように測定値を表示できる設計とし、放射能観測車を代替し得る十分な個数を保管する設計とする。	V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(放射線管理施設) V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 2.2 重大事故等対処設備に関する計測 3.4 移動式周辺モニタリング設備 3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録及び保存 4. 放射線管理用計測装置の計測範囲及び警報動作範囲	5. 移動式周辺モニタリング設備に関する設計 (2) 可搬型放射線計測装置 6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	【75条3】	V-1-7-2 管理区域の出入管理設備及び環境試料分析装置に関する説明書 2. 基本方針 3.2 可搬型放射能測定装置等及び環境試料分析装置	
—	モニタリング・ポストが機能喪失した場合にその機能を代替する移動式周辺モニタリング設備として、可搬型モニタリング・ポストを設け、重大事故等が発生した場合に、周辺監視区域境界付近において、発電用原子炉施設から放出される放射線量を監視し、及び測定し、並びにその結果を記録できる設計とする。 【75条4】	V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（放射線管理施設） V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 2.2 重大事故等対処設備に関する計測 3.4 移動式周辺モニタリング設備 3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録及び保存 4. 放射線管理用計測装置の計測範囲及び警報動作範囲	5. 移動式周辺モニタリング設備に関する設計 (1) 可搬型モニタリング・ポスト 6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計
—	記録は、電磁的に記録、保存し、電源喪失により保存した記録が失われず、必要な容量を保存できる設計とする。 【75条6】	V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 2.2 重大事故等対処設備に関する計測 3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録及び保存	6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計
—	可搬型モニタリング・ポストは、モニタリング・ポストを代替し得る十分な個数を保管する設計とする。また、指示値は、衛星系回線により伝送し、緊急時対策所で可搬型モニタリング・ポスト端末にて監視できる設計とする。 【75条7】	V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 3.4 移動式周辺モニタリング設備	5. 移動式周辺モニタリング設備に関する設計 (1) 可搬型モニタリング・ポスト
—	可搬型モニタリング・ポストは、重大事故等が発生した場合に、発電所海側及び緊急時対策所付近等において、発電用原子炉施設から放出される放射線量を監視し、及び測定し、並びにその結果を記録できる設計とするとともに、緊急時対策所内への希ガス等の放射性物質の侵入を低減又は防止するための確実な判断に用いる設計とする。 【75条8】【76条20】	V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 3.4 移動式周辺モニタリング設備 V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書 3.1.2 放射線管理用計測装置	5. 移動式周辺モニタリング設備に関する設計 (1) 可搬型モニタリング・ポスト (2) 可搬型放射線計測装置 6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	これらの設備は、炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損が発生した場合に放出されると想定される放射性物質の濃度及び放射線量を測定できる設計とする。 【75条5】	V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 4. 放射線管理用計測装置の計測範囲及び警報動作範囲	5. 移動式周辺モニタリング設備に関する設計 (1) 可搬型モニタリング・ポスト (2) 可搬型放射線計測装置
1.1.5 環境測定装置 周辺監視区域境界付近の放射性物質の濃度は、試料採取設備により断続的に試料を採取し分析を行い、測定結果を記録する。	1.1.5 環境測定装置 周辺監視区域境界付近の放射性物質の濃度は、試料採取設備により断続的に試料を採取し分析を行い、測定結果を記録し、及び保存する。 【34条28】	V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 2.1 設計基準対象施設に関する計測 3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録及び保存	6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計
放射性気体廃棄物の放出管理、発電所周辺の一般公衆の線量評価及び一般気象データ収集のための気象観測設備（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。））を設け、計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また、発電所敷地内における風向及び風速の計測結果を記録できる設計とする。	放射性気体廃棄物の放出管理、発電所周辺の一般公衆の線量評価、一般気象データ収集及び発電用原子炉施設の外部の状況を把握するための気象観測設備（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。））を設け、計測結果を中央制御室に表示できる設計とする。また、発電所敷地内における風向及び風速の計測結果を記録し、及び保存できる設計とする。 【34条35】	V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書 2.1 設計基準対象施設に関する計測 3.5 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録及び保存	6. 放射線管理用計測装置の計測結果の表示、記録の保存に関する設計
気象観測設備は、東海発電所と共用するが、東海第二発電所及び東海発電所の共通の対象である発電所周辺の放射線等を監視、測定するために必要な仕様を満足する設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。	気象観測設備は、東海発電所と共用するが、東海第二発電所及び東海発電所の共通の対象である発電所周辺の放射線等を監視、測定するために必要な仕様を満足する設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。 【15条15】	—	— (追加要求事項なし)
—	重大事故等が発生した場合に発電所において、風向、風速その他の気象条件を測定し、及びその結果を記録するための設備として、可搬型気象観測設備（個数1（予備1））を設ける設計とする。 【75条11】	第1-5-1 図 環境測定装置の構造物 可搬型気象観測設備	7. 重大事故等時の気象観測に関する設計
—	気象観測設備が機能喪失した場合にその機能を代替する重大事故等対処設備として、可搬型気象観測設備は、重大事故等が発生した場合に発電所において、風向、風速その他の気象条件を測定し、及びその結果を記録できる	第1-5-1 図 環境測定装置の構造図 可搬型気象観測設備	7. 重大事故等時の気象観測に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>設計とする。</p> <p>【75条12】 記録は、電磁的に記録、保存し、電源喪失により保存した記録が失われず、必要な容量を保存できる設計とする。</p> <p>【75条13】 可搬型気象観測設備の指示値は、衛星系回線により伝送し、緊急時対策所で可搬型気象観測設備端末にて監視できる設計とする。</p> <p>【75条14】</p>		
<p>2. 換気設備、生体遮蔽装置等</p> <p>2.1 中央制御室の居住性を確保するための防護措置</p> <p>中央制御室は、原子炉冷却材喪失等の設計基準事故時に、中央制御室内にとどまり必要な操作及び措置を行う運転員が過度の被ばくを受けないよう施設し、運転員の勤務形態を考慮し、事故後30日間において、運転員が中央制御室に入り、とどまっても、中央制御室遮蔽を透過する放射線による線量、中央制御室に侵入した外気による線量及び入退域時の線量が、中央制御室の気密性及びに中央制御室換気系、中央制御室遮蔽及び二次遮蔽の機能とあいまって、「原子力発電所中央制御室の居住性に係る被ばく評価手法について(内規)」に基づく被ばく評価により、「核原料物質又は核燃料物質の製錬の事業に関する規則等の規定に基づく線量限度等を定める告示」に示される100 mSvを下回る設計とする。また、運転員その他の従事者が中央制御室にとどまるため、気体状の放射性物質及び中央制御室外の火災等により発生する燃焼ガスや有毒ガスに対する換気設備の隔離その他の適切に防護するための設備を設ける設計とする。</p>	<p>2. 換気設備、生体遮蔽装置等</p> <p>2.1 中央制御室及び緊急時対策所の居住性を確保するための防護措置</p> <p>中央制御室は、原子炉冷却材喪失等の設計基準事故時に、中央制御室内にとどまり必要な操作及び措置を行う運転員が過度の被ばくを受けないよう施設し、運転員の勤務形態を考慮し、事故後30日間において、運転員が中央制御室に入り、とどまっても、中央制御室遮蔽を透過する放射線による線量、中央制御室に侵入した外気による線量及び入退域時の線量が、中央制御室の気密性及びに中央制御室換気系、中央制御室遮蔽及び二次遮蔽の機能とあいまって、「原子力発電所中央制御室の居住性に係る被ばく評価手法について(内規)」に基づく被ばく評価により、「核原料物質又は核燃料物質の製錬の事業に関する規則等の規定に基づく線量限度等を定める告示」に示される100 mSvを下回る設計とする。また、運転員その他の従事者が中央制御室にとどまるため、気体状の放射性物質及び中央制御室外の火災等により発生する燃焼ガスやばい煙、有毒ガス及び降下火砕物に対する換気設備の隔離その他の適切に防護するための設備を設ける設計とする。</p> <p>【38条15】</p>	<p>放射線管理施設 要目表</p> <p>放射線管理施設 生体遮蔽装置に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>7.3 生体遮蔽装置</p> <p>構造図</p> <p>7.3 生体遮蔽装置</p> <p>V-4-2 生体遮蔽装置の放射線の遮蔽及び熱除去についての計算書</p> <p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>3.1 換気設備</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p> <p>b. 居住性の確保に関する設備設計</p> <p>c. 居住性に関する評価</p> <p>(2) 緊急時対策所</p> <p>a. 居住性の確保に関する換気設備及び生体遮蔽装置に係る設計</p> <p>b. 放射線の遮蔽評価及び熱除去の評価</p>
—	<p>運転員の被ばくの観点から結果が最も厳しくなる重大事故等時においても中央制御室に運転員がとどまるために必要な設備を施設し、中央制御室</p>	<p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>4.1 線量評価</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>遮蔽を透過する放射線による線量，中央制御室に取り込まれた外気による線量及び入退域時の線量が，全面マスク等の着用及び運転員の交替要員体制を考慮し，その実施のための体制を整備することで，中央制御室の気密性並びに中央制御室換気系，中央制御室遮蔽，中央制御室遮蔽（待避室）及び二次遮蔽の機能並びに中央制御室待避室空気ポンベの性能とあいまって，運転員の実効線量が7日間で100 mSvを超えない設計とする。炉心の著しい損傷が発生した場合における居住性に係る被ばく評価では，設計基準事故時の手法を参考にするとともに，炉心の著しい損傷が発生した場合に放出される放射性物質の種類，全交流動力電源喪失時の中央制御室換気系の起動遅れ等，炉心の著しい損傷が発生した場合の評価条件を適切に考慮する。</p> <p>【74条6】</p>		<p>c. 居住性に関する評価 (a) 被ばく評価並びに放射線の遮蔽評価及び熱除去の評価</p>
—	<p>設計基準事故時及び炉心の著しい損傷が発生した場合において，中央制御室内及び中央制御室待避室内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度が活動に支障がない範囲にあることを把握できるよう，計測制御系統施設の酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計を使用し，中央制御室内及び中央制御室待避室内の居住性を確保できる設計とする。</p> <p>【38条20】【74条16】</p>	<p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書 4.2 酸素濃度及び二酸化炭素濃度評価</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計 (1) 中央制御室 c. 居住性に関する評価 (b) 酸素濃度及び二酸化炭素濃度評価</p>
—	<p>炉心の著しい損傷後の格納容器圧力逃がし装置を作動させる場合に放出されるブルーム通過時に，運転員の被ばくを低減するため，中央制御室内に中央制御室待避室を設け，中央制御室待避室には，遮蔽設備として，中央制御室遮蔽（待避室）を設ける。中央制御室待避室は，中央制御室待避室空気ポンベで正圧化することにより，放射性物質が流入することを一定時間完全に防ぐことができる設計とする。</p> <p>【74条5】</p>	<p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書 3.1 換気設備</p>	<p>11. 中央制御室待避室に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	中央制御室待避室差圧計（個数1，計測範囲0～60 Pa）により，中央制御室待避室と中央制御室との間が正圧化に必要な差圧が確保できていることを把握できる設計とする。 【74条15】	V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書 3.1 換気設備	11. 中央制御室待避室に関する設計
—	炉心の著しい損傷が発生した場合において，原子炉格納施設の原子炉建屋ガス処理系及びブローアウトパネル閉止装置により，原子炉格納容器から漏れ出した空気中の放射性物質の濃度を低減させることで，運転員の被ばくを低減できる設計とする。 【74条19】【74条21】	V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書 2.2.1 原子炉建屋ガス処理系 4.2.1 原子炉建屋ガス処理系 V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 3.6 原子炉格納施設 別添4 ブローアウトパネル関連設備の設計方針	V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1 2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.6 各機器固有の設計 (2) その他各設備固有の設計 a. 原子炉建屋ガス処理系 4. その他原子炉格納施設に係る設計 4.3 ブローアウトパネル閉止装置の設計
—	重大事故等が発生し，中央制御室の外側が放射性物質により汚染したような状況下において，運転員が中央制御室の外側から中央制御室に放射性物質による汚染を持ち込むことを防止するため，身体サーベイ及び作業服の着替え等を行うための区画を設ける設計とし，身体サーベイの結果，運転員の汚染が確認された場合は，運転員の除染を行うことができる区画を，身体サーベイを行う区画に隣接して設置する設計とする。 【74条17】【74条18】	V-1-7-2 管理区域の出入管理設備及び環境試料分析装置に関する説明書 2. 基本方針 3.1.1 中央制御室チェンジングエリア	10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計 (1) 中央制御室 b. 居住性の確保に関する設備設計 (e) 中央制御室チェンジングエリア
—	中央制御室内及び中央制御室待避室内と身体サーベイ，作業服の着替え等を行うための区画の照明は，計測制御系統施設の可搬型照明（SA）を使用する。 【74条13】	V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書 3.5 可搬型照明	10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計 (1) 中央制御室 b. 居住性の確保に関する設備設計 (c) 照明
—	中央制御室換気系空気調和機ファン及び中央制御室換気系フィルタ系ファンは，非常用交流電源設備に加えて，常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。 【74条4】 原子炉建屋ガス処理系は，非常用交流電源設備に加えて，常設代替交流電源設備からの給電が可	V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書 3.1 換気設備 V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書 2.2.1 原子炉建屋ガス処理系	10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計 (1) 中央制御室 b. 居住性の確保に関する設備設計 (a) 換気設備 V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1 2. 原子炉格納施設の兼用する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>能な設計とする。</p> <p>【74条23】</p>		<p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉建屋ガス処理系</p>
—	<p>可搬型照明(SA)及びブローアウトパネル閉止装置は、全交流動力電源喪失時においても常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【74条14】【74条23】</p>	<p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>3.5 可搬型照明</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>別添4 ブローアウトパネル関連設備の設計方針</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p> <p>b. 居住性の確保に関する設備設計</p> <p>(c) 照明</p> <p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.3 ブローアウトパネル閉止装置の設計</p>
—	<p>重大事故等が発生した場合において、緊急時対策所の居住性を確保するための設備として、緊急時対策所遮蔽(東海, 東海第二発電所共用(以下同じ。)), 二次遮蔽, 緊急時対策所非常用換気設備(東海, 東海第二発電所共用(以下同じ。)), 緊急時対策所加圧設備(東海, 東海第二発電所共用(以下同じ。)), 酸素濃度計(東海, 東海第二発電所共用), 二酸化炭素濃度計(東海, 東海第二発電所共用), 可搬型モニタリング・ポスト及び緊急時対策所エリアモニタを設ける設計とする。</p> <p>【76条10】</p>	<p>V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(放射線管理施設)</p> <p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>3.1 換気設備等</p> <p>3.2 生体遮蔽装置</p> <p>3.3 酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計</p> <p>V-1-7-1 放射線管理用計測装置の構成に関する説明書並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書</p> <p>3.2 エリアモニタリング設備</p> <p>3.4 移動式周辺モニタリング設備</p>	<p>5. 移動式周辺モニタリング設備に関する設計</p> <p>(1) 可搬型モニタリング・ポスト</p> <p>3. エリアモニタリング設備に関する設計</p> <p>3.1 緊急時対策所の線量当量率を計測する装置</p> <p>(1) 緊急時対策所エリアモニタ</p> <p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(2) 緊急時対策所</p> <p>a. 居住性の確保に関する換気設備及び生体遮蔽装置に係る設計</p> <p>(a) 換気設備</p> <p>(b) 生体遮蔽装置</p>
—	<p>緊急時対策所非常用換気設備である緊急時対策所非常用送風機(東海, 東海第二発電所共用(以下同じ。))は、緊急時対策所建屋を正圧化し、放射性物質の侵入を低減できる設計とする。</p> <p>緊急時対策所加圧設備は、プルーム通過時において、緊急時対策所等を正圧化し、希ガスを含む放射性物質の侵入を防止できる設計とする。</p> <p>【76条13】</p>	<p>V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(放射線管理施設)</p> <p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書</p> <p>3. 緊急時対策所の居住性を確保するための防護措置</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(2) 緊急時対策所</p> <p>a. 居住性の確保に関する換気設備及び生体遮蔽装置に係る設計</p> <p>(a) 換気設備</p>
—	<p>緊急時対策所用差圧計(東海, 東海第二発電所共用(以下同じ。))(個数1, 計測範囲0~200 Pa)は、緊急時対策所等の正圧化された室内と周辺エ</p>	<p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書</p> <p>3.1 換気設備等</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(2) 緊急時対策所</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	リアとの差圧を監視できる設計とする。 【76条16】		a. 居住性の確保に関する換気設備及び生体遮蔽装置に係る設計 (a) 換気設備
—	緊急時対策所遮蔽及び二次遮蔽は、緊急時対策所の気密性、緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備の機能とあいまって、緊急時対策所にとどまる要員の実効線量が7日間で100mSvを超えない設計とする。 【76条12】	V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書 3.2 生体遮蔽装置	10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計 (2) 緊急時対策所 a. 居住性の確保に関する換気設備及び生体遮蔽装置に係る設計 (b) 生体遮蔽装置
—	緊急時対策所は、重大事故等が発生し、緊急時対策所の外側が放射性物質により汚染したような状況下において、対策要員が緊急時対策所内に放射性物質による汚染を持ち込むことを防止するため、身体サーベイ及び作業服の着替え等を行うための区画を設置する設計とする。身体サーベイの結果、対策要員の汚染が確認された場合は、対策要員の除染を行うことができる区画を、身体サーベイを行う区画に隣接して設置することができるよう考慮する。 【76条23】	V-1-7-2 管理区域の出入管理設備及び環境試料分析装置に関する説明書 2. 基本方針 3.1.2 緊急時対策所チェンジングエリア	8. 出入管理設備に関する設計
2.2 換気設備 通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において、放射線障害を防止するため、発電所従業員に新鮮な空気を送るとともに、空気中の放射性物質の除去・低減が可能な換気設備を設ける。	2.2 換気設備 通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において、放射線障害を防止するため、発電所従業員に新鮮な空気を送るとともに、空気中の放射性物質の除去・低減が可能な換気設備を設ける。 【43条1】	—	— (追加要求事項なし)
換気設備は、放射性物質による汚染の可能性からみて区域を分け、それぞれ別系統とし、清浄区域に新鮮な空気を供給して、汚染の可能性のある区域に向って流れるようにし、排気は適切なフィルタを通して行う。また、各換気系統は、その容量が区域及び部屋の必要な換気並びに除熱を十分行える設計とする。	換気設備は、放射性物質による汚染の可能性からみて区域を分け、それぞれ別系統とし、清浄区域に新鮮な空気を供給して、汚染の可能性のある区域に向って流れるようにし、排気は適切なフィルタを通して行う。また、各換気系統は、その容量が区域及び部屋の必要な換気並びに除熱を十分行える設計とする。 【43条2】	—	— (追加要求事項なし)
放射性物質を内包する換気ダクトは、溶接構造とし、耐圧試験に合格したものを使用することで、	放射性物質を内包する換気ダクトは、溶接構造とし、耐圧試験に合格したものを使用することで、	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
漏えいし難い構造とする。また、ファン、逆流防止用ダンパ等を設置し、逆流し難い構造とする。	漏えいし難い構造とする。また、ファン、逆流防止用ダンパ等を設置し、逆流し難い構造とする。 【43条3】		
排出する空気を浄化するため、気体状の放射性よう素を除去するよう素フィルタ及び放射性微粒子を除去する微粒子フィルタを設置する。	排出する空気を浄化するため、気体状の放射性よう素を除去するよう素フィルタ及び放射性微粒子を除去する微粒子フィルタを設置する。 【43条4】	—	— (追加要求事項なし)
これらのフィルタを内包するフィルタユニットは、フィルタの取替が容易となるよう取替えに必要な空間を有するとともに、必要に応じて梯子等を設置し、取替が容易な構造とする。	これらのフィルタを内包するフィルタユニットは、フィルタの取替が容易となるよう取替えに必要な空間を有するとともに、必要に応じて梯子等を設置し、取替が容易な構造とする。 【43条5】	—	— (追加要求事項なし)
吸気口は、放射性物質に汚染された空気を吸入し難いように、主排気筒及び廃棄物処理建屋排気筒から十分離れた位置に設置する。	吸気口は、放射性物質に汚染された空気を吸入し難いように、主排気筒及び廃棄物処理建屋排気筒から十分離れた位置に設置する。 【43条6】	—	— (追加要求事項なし)
2.2.1 中央制御室換気系 中央制御室の換気及び冷暖房は、中央制御室換気系空気調和機ファン、中央制御室換気系フィルタユニット、中央制御室換気系フィルタ系ファン等から構成する中央制御室換気空調設備により行う。	2.2.1 中央制御室換気系 中央制御室の換気及び冷暖房は、中央制御室換気系空気調和機ファン、中央制御室換気系フィルタユニット、中央制御室換気系フィルタ系ファン等から構成する中央制御室換気空調設備により行う。 【43条7】	放射線管理施設 要目表 放射線管理施設 換気設備に係る機器の配置を明示した図面 7.2.1 中央制御室換気系 構造図 7.2.1 中央制御室換気系 V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(放射線管理施設)	(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計) 10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計 (1) 中央制御室 b. 居住性の確保に関する設備設計 (a) 換気設備
中央制御室外の火災等により発生する燃焼ガスや有毒ガスに対し、中央制御室換気系の外気取入れを手動で遮断し、閉回路循環方式に切り替えることが可能な設計とする。	中央制御室外の火災等により発生する燃焼ガスやばい煙、有毒ガス及び降下火砕物に対し、中央制御室換気系の外気取入れを手動で遮断し、閉回路循環方式に切り替えることが可能な設計とする。 【38条18】	—	— (記載変更のみ、追加要求事項なし)
中央制御室換気系は、通常のラインの他、高性能粒子フィルタ及びチャコールフィルタを内蔵した中央制御室換気系フィルタユニット並びに中央制御室換気系フィルタ系ファンか	中央制御室換気系は、通常のラインの他、高性能粒子フィルタ及びチャコールフィルタを内蔵した中央制御室換気系フィルタユニット並びに中央制御室換気系フィルタ系ファンか	V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(放射線管理施設) V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書	10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計 (1) 中央制御室 b. 居住性の確保に関する設備設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>らなる非常用ラインを設け、設計基準事故時には外気との連絡口を遮断し、中央制御室換気系フィルタユニットを通る閉回路循環方式とし、運転員を放射線被ばくから防護する設計とする。外部との遮断が長期にわたり、室内の雰囲気が悪くなった場合には、外気を中央制御室換気系フィルタユニットで浄化しながら取り入れることも可能な設計とする。</p>	<p>らなる非常用ラインを設け、設計基準事故時及び重大事故等時には、中央制御室換気系の給気隔離弁及び排気隔離弁を閉とすることにより外気との連絡口を遮断し、中央制御室換気系フィルタユニットを通る閉回路循環方式とし、放射性物質を含む外気が中央制御室に直接流入することを防ぐことができ、運転員を放射線被ばくから防護する設計とする。外部との遮断が長期にわたり、室内の雰囲気が悪くなった場合には、外気を中央制御室換気系フィルタユニットで浄化しながら取り入れることも可能な設計とする。</p> <p>【38条17】【74条2】【74条3】</p>	<p>3.1 換気設備</p>	<p>(a) 換気設備</p>
<p>—</p>	<p>中央制御室換気系は、地震時及び地震後においても、中央制御室の気密性とあいまって、設計上の空気の流入率を維持でき、「2.1 中央制御室及び緊急時対策所の居住性を確保するための防護措置」に示す居住性に係る判断基準を満足する設計とする。</p> <p>【38条16】【74条7】</p>	<p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>3. 中央制御室の居住性を確保するための防護措置</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p> <p>b. 居住性の確保に関する設備設計</p> <p>(a) 換気設備</p>
<p>—</p>	<p>中央制御室換気系空気調和機ファン、中央制御室換気系フィルタ系ファン及び中央制御室換気系フィルタユニットは、設計基準事故対策設備であるとともに、重大事故等時においても使用するため、重大事故等対策設備としての基本方針に示す設計方針を適用する。ただし、多様性及び独立性並びに位置的分散を考慮すべき対象の設計基準事故対策設備はないことから、重大事故等対策設備の基本方針のうち「5.1.2 多様性、位置的分散等」に示す設計方針は適用しない。</p> <p>【74条24】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対策設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.5 放射線管理施設</p> <p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>3.1 換気設備</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p> <p>b. 居住性の確保に関する設備設計</p> <p>(a) 換気設備</p>
<p>—</p>	<p>重要度が特に高い安全機能を有する系統において、設計基準事故が発生した場合に長期間にわたって機能が要求される静的機器のうち、単一設計とする中央制御室換気系のダクトの一部については、当該設備に要求される</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対策設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.5 放射線管理施設</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p> <p>b. 居住性の確保に関する設備設計</p> <p>(a) 換気設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>原子炉制御室非常用換気空調機能が喪失する単一故障のうち、想定される最も過酷な条件として、ダクトの全周破断を想定しても、単一故障による放射線物質の放出に伴う被ばくの影響を最小限に抑えるよう、安全上支障のない期間に単一故障を確実に除去又は修復できる設計とし、その単一故障を仮定しない。</p> <p>【14条8】</p>		
—	<p>想定される単一故障の発生に伴う中央制御室の運転員の被ばく量は保守的に単一故障を除去又は修復ができない場合で評価し、緊急作業時に係る線量限度を下回ることを確認する。また、単一故障の除去又は修復のための作業期間として想定する2日間を考慮し、修復作業に係る従事者の被ばく線量は緊急時作業に係る線量限度に照らしても十分小さくする設計とする。</p> <p>【14条9】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.5 放射線管理施設</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p> <p>b. 居住性の確保に関する設備設計</p> <p>(a) 換気設備</p>
—	<p>単一設計とする箇所の設計に当たっては、想定される単一故障の除去又は修復のためのアクセスが可能であり、かつ、補修作業が容易となる設計とする。</p> <p>【14条10】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.5 放射線管理施設</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p> <p>b. 居住性の確保に関する設備設計</p> <p>(a) 換気設備</p>
—	<p>2.2.2 緊急時対策所換気系</p> <p>緊急時対策所非常用換気設備として、緊急時対策所非常用送風機、緊急時対策所非常用フィルタ装置（東海、東海第二発電所共用）を設ける設計とする。また、緊急時対策所等の加圧のために、緊急時対策所加圧設備及び緊急時対策所用差圧計を設ける設計とする。</p> <p>【76条14】</p>	<p>V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（放射線管理施設）</p> <p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3.1 換気設備等</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(2) 緊急時対策所</p> <p>a. 居住性の確保に関する設計</p> <p>(a) 換気設備</p>
—	<p>緊急時対策所加圧設備は、緊急時対策所等を正圧化し、緊急時対策所等内へ希ガスを含む放射性物質の侵入を防止するとともに、酸素濃度及び二酸化炭素濃度を活動に支障がない範囲に維持するために必要な容量を設置及び保管する設計とする。</p> <p>【76条17】</p>	<p>V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（放射線管理施設）</p> <p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>3.1 換気設備等</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(2) 緊急時対策所</p> <p>a. 居住性の確保に関する設計</p> <p>(a) 換気設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備の設計に当たっては、緊急時対策所に必要な外気取入れ量に対して十分な余裕を考慮した設計とする。また、緊急時対策所外の火災により発生する燃焼ガス又はばい煙、有毒ガス及び降下火砕物に対する換気設備の隔離及びその他の適切に防護するための設備を設ける設計とする。</p> <p>【76条15】</p>	<p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>3.1 換気設備等</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(2) 緊急時対策所</p> <p>a. 居住性の確保に関する設計</p> <p>(a) 換気設備</p>
—	<p>緊急時対策所の緊急時対策所非常用換気設備及び緊急時対策所加圧設備は、基準地震動S₀による地震力に対し、機能を喪失しないようにするとともに、緊急時対策所の気密性とあいまって緊急時対策所の居住性に係る判断基準を満足する設計とする。</p> <p>【76条18】</p>	<p>V-1-1-4-6 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（放射線管理施設）</p> <p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>3.1 換気設備等</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(2) 緊急時対策所</p> <p>a. 居住性の確保に関する設計</p> <p>(a) 換気設備</p>
<p>2.2.3 原子炉建屋常用換気系</p> <p>原子炉建屋原子炉棟の常用換気系は、送風機及び排風機により、発電所通常運転中、原子炉建屋原子炉棟内の換気を行い、原子炉建屋原子炉棟内をわずかに負圧に保ち、排気空気は、フィルタを通したのち、主排気筒から放出する。また、原子炉建屋放射能高等の信号により、隔離弁を自動閉鎖するとともに常用換気系から原子炉建屋ガス処理系に切り換わることで放射性物質の放散を防ぐ設計とする。</p>	<p>2.2.3 原子炉建屋常用換気系</p> <p>原子炉建屋原子炉棟の常用換気系は、送風機及び排風機により、発電所通常運転中、原子炉建屋原子炉棟内の換気を行い、原子炉建屋原子炉棟内をわずかに負圧に保ち、排気空気は、フィルタを通したのち、主排気筒から放出する。また、原子炉建屋放射能高等の信号により、隔離弁を自動閉鎖するとともに常用換気系から原子炉建屋ガス処理系に切り換わることで放射性物質の放散を防ぐ設計とする。</p> <p>【43条9】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>2.2.4 タービン建屋換気系</p> <p>タービン建屋換気系は、1系統の空気供給系、2系統の排気系及び補助系からなり、供給系のファン及び排気系のファン並びに運転階専用の排気ファンから構成され、屋外から取り入れた空気を通路など清浄な場所に給気し、給水加熱器室、空気抽出器室など、汚染の可能性の高い区域から排気し、フィルタを通したのち、主排気筒から放出する設計とする。</p>	<p>2.2.4 タービン建屋換気系</p> <p>タービン建屋換気系は、1系統の空気供給系、2系統の排気系及び補助系からなり、供給系のファン及び排気系のファン並びに運転階専用の排気ファンから構成され、屋外から取り入れた空気を通路など清浄な場所に給気し、給水加熱器室、空気抽出器室など、汚染の可能性の高い区域から排気し、フィルタを通したのち、主排気筒から放出する設計とする。</p> <p>【43条10】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>2.2.5 廃棄物処理棟換気系</p> <p>廃棄物処理棟換気系は、1系統の空気供給系及び排気系からなり、その給気は、廃棄物処理制御室及び通路に行い、排気は液体廃棄物貯蔵タンク室、フィルタ室などから排気ファンによって、高性能粒子フィルタを通したのち、主排気筒から放出する設計とする。</p>	<p>2.2.5 廃棄物処理棟換気系</p> <p>廃棄物処理棟換気系は、1系統の空気供給系及び排気系からなり、その給気は、廃棄物処理制御室及び通路に行い、排気は液体廃棄物貯蔵タンク室、フィルタ室などから排気ファンによって、高性能粒子フィルタを通したのち、主排気筒から放出する設計とする。</p> <p>【43条11】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>2.2.6 廃棄物処理建屋換気系</p> <p>廃棄物処理建屋換気系は、1系統の空気供給系、主排気系及び廃棄物処理建屋排気系の2系統の排気系からなり、主排気系は、放射性希ガス及び放射性よう素による汚染の可能性のある区域の排気を排気ファンにより高性能粒子フィルタを通して主排気筒から放出する。その他区域の排気は排気ファンにより高性能粒子フィルタを通して廃棄物処理建屋排気筒から放出する設計とする。</p>	<p>2.2.6 廃棄物処理建屋換気系</p> <p>廃棄物処理建屋換気系は、1系統の空気供給系、主排気系及び廃棄物処理建屋排気系の2系統の排気系からなり、主排気系は、放射性希ガス及び放射性よう素による汚染の可能性のある区域の排気を排気ファンにより高性能粒子フィルタを通して主排気筒から放出する。その他区域の排気は排気ファンにより高性能粒子フィルタを通して廃棄物処理建屋排気筒から放出する設計とする。</p> <p>【43条12】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>2.2.7 サービス建屋換気系</p> <p>サービス建屋換気系は、1系統の空気供給系及び排気系からなり、その排気は、排気ファンにより高性能粒子フィルタを通したのち、主排気筒から放出する設計とする。</p>	<p>2.2.7 サービス建屋換気系</p> <p>サービス建屋換気系は、1系統の空気供給系及び排気系からなり、その排気は、排気ファンにより高性能粒子フィルタを通したのち、主排気筒から放出する設計とする。</p> <p>【43条13】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>2.2.8 固体廃棄物作業建屋換気系</p> <p>固体廃棄物作業建屋換気系は、1系統の空気供給系及び排気系からなり、その排気は、排気ファンにより高性能粒子フィルタを通して廃棄物処理建屋排気筒から放出する設計とする。</p>	<p>2.2.8 固体廃棄物作業建屋換気系</p> <p>固体廃棄物作業建屋換気系は、1系統の空気供給系及び排気系からなり、その排気は、排気ファンにより高性能粒子フィルタを通して廃棄物処理建屋排気筒から放出する設計とする。</p> <p>【43条14】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>2.3 生体遮蔽装置等</p> <p>設計基準対象施設は、通常運転時において発電用原子炉施設からの直接ガンマ線及びスカイシャインガンマ線による発電所周辺の空間線量率が、放射線業務従事者等の放射線障害を防止するため</p>	<p>2.3 生体遮蔽装置等</p> <p>設計基準対象施設は、通常運転時において発電用原子炉施設からの直接ガンマ線及びスカイシャインガンマ線による発電所周辺の空間線量率が、放射線業務従事者等の放射線障害を防止するため</p>	<p>放射線管理施設 要目表</p> <p>放射線管理施設 生体遮蔽装置に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>7.3 生体遮蔽装置</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p> <p>b. 居住性の確保に関する設備設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>に必要な生体遮蔽等を適切に設置すること及び発電用原子炉施設と周辺監視区域境界までの距離とあいまって、発電所周辺の空間線量率を合理的に達成できる限り低減し、周辺監視区域外における線量限度に比べ十分に下回る、空気カーマで年間50 μGyを超えないような遮蔽設計とする。</p>	<p>に必要な生体遮蔽等を適切に設置すること及び発電用原子炉施設と周辺監視区域境界までの距離とあいまって、発電所周辺の空間線量率を合理的に達成できる限り低減し、周辺監視区域外における線量限度に比べ十分に下回る、空気カーマで年間50 μGyを超えないような遮蔽設計とする。</p> <p>【42条1】</p>	<p>構造図</p> <p>7.3 生体遮蔽装置</p> <p>V-4-2 生体遮蔽装置の放射線の遮蔽及び熱除去についての計算書</p> <p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>3.2 生体遮蔽装置</p>	<p>(b) 生体遮蔽装置</p>
<p>発電所内における外部放射線による放射線障害を防止する必要がある場所には、通常運転時の放射線業務従事者等の被ばく線量が適切な作業管理とあいまって、「核原料物質又は核燃料物質の製錬の事業に関する規則等の規定に基づく線量限度等を定める告示」を満足できる遮蔽設計とする。</p>	<p>発電所内における外部放射線による放射線障害を防止する必要がある場所には、通常運転時の放射線業務従事者等の被ばく線量が適切な作業管理とあいまって、「核原料物質又は核燃料物質の製錬の事業に関する規則等の規定に基づく線量限度等を定める告示」を満足できる遮蔽設計とする。</p> <p>【42条2】</p>	<p>放射線管理施設 要目表</p> <p>放射線管理施設 生体遮蔽装置に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>7.3 生体遮蔽装置</p> <p>構造図</p> <p>7.3 生体遮蔽装置</p> <p>V-4-2 生体遮蔽装置の放射線の遮蔽及び熱除去についての計算書</p> <p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>3.2 生体遮蔽装置</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p> <p>b. 居住性の確保に関する設備設計</p> <p>(b) 生体遮蔽装置</p>
<p>生体遮蔽は、主に一次遮蔽、二次遮蔽、中央制御室遮蔽及び緊急時対策所遮蔽から構成し、想定する通常運転時、運転時の異常な過渡変化時、設計基準事故時及び重大事故等時に対し、地震時及び地震後においても、発電所周辺の空間線量率の低減及び放射線業務従事者等の放射線障害防止のために、遮蔽性を維持する設計とする。生体遮蔽に開口部又は配管その他の貫通部があるものにおいては、必要に応じて次の放射線漏えい防止措置を講じた設計とするとともに、自重、附加荷重及び熱応力に耐える設計とする。</p>	<p>生体遮蔽は、主に一次遮蔽、二次遮蔽、中央制御室遮蔽及び緊急時対策所遮蔽から構成し、想定する通常運転時、運転時の異常な過渡変化時、設計基準事故時及び重大事故等時に対し、地震時及び地震後においても、発電所周辺の空間線量率の低減及び放射線業務従事者等の放射線障害防止のために、遮蔽性を維持する設計とする。生体遮蔽に開口部又は配管その他の貫通部があるものにおいては、必要に応じて次の放射線漏えい防止措置を講じた設計とするとともに、自重、附加荷重及び熱応力に耐える設計とする。</p> <p>【42条3】</p>	<p>放射線管理施設 要目表</p> <p>放射線管理施設 生体遮蔽装置に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>7.3 生体遮蔽装置</p> <p>構造図</p> <p>7.3 生体遮蔽装置</p> <p>V-4-2 生体遮蔽装置の放射線の遮蔽及び熱除去についての計算書</p> <p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>3.2 生体遮蔽装置</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p> <p>b. 居住性の確保に関する設備設計</p> <p>(b) 生体遮蔽装置</p> <p>(2) 緊急時対策所</p> <p>a. 居住性の確保に関する換気設備及び生体遮蔽装置に係る設計</p> <p>(b) 生体遮蔽装置</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書 3.2 生体遮蔽装置	
・開口部を設ける場合、人が容易に接近できないような場所（通路の行き止まり部、高所等）への開口部設置	・開口部を設ける場合、人が容易に接近できないような場所（通路の行き止まり部、高所等）への開口部設置 【42条4】	—	— (追加要求事項なし)
・貫通部に対する遮蔽補強（スリーブと配管との間隙への遮蔽材の充てん等）	・貫通部に対する遮蔽補強（スリーブと配管との間隙への遮蔽材の充てん等） 【42条5】	—	— (追加要求事項なし)
・線源機器と貫通孔との位置関係により、貫通孔から線源機器が直視できない措置	・線源機器と貫通孔との位置関係により、貫通孔から線源機器が直視できない措置 【42条6】	—	— (追加要求事項なし)
遮蔽設計は、実効線量が1.3 mSv/3月間を超えるおそれがある区域を管理区域としたうえで、日本電気協会「原子力発電所放射線遮へい設計規程（JEAC4615）」の通常運転時の遮蔽設計に基づく設計とする。	遮蔽設計は、実効線量が1.3 mSv/3月間を超えるおそれがある区域を管理区域としたうえで、日本電気協会「原子力発電所放射線遮へい設計規程（JEAC4615）」の通常運転時の遮蔽設計に基づく設計とする。 【42条7】	—	— (追加要求事項なし)
—	格納容器圧力逃がし装置使用時の排出経路に設置される隔離弁に設ける遠隔人力操作機構の操作場所は、原子炉建屋原子炉棟外とし、第二弁及び第二弁バイパス弁の操作を行う第二弁操作室は、必要な要員を収容可能な遮蔽体（第二弁操作室遮蔽）に囲まれた空間とし、第二弁操作室空気ポンベにて正圧化することにより外気の流入を一定時間遮断することで、放射線防護を考慮した設計とする。第二弁操作室遮蔽は、炉心の著しい損傷時においても、格納容器圧力逃がし装置の隔離弁操作ができるよう、普通コンクリート395mm以上の遮蔽厚さを有し、第二弁操作室に隣接する格納容器圧力逃がし装置入口配管が設置される方向の壁及び床の遮蔽厚さは、普通コンクリート1195mm以上とする設計とする。また、第二弁操作室が微正圧であることを確認するため、第二弁操作室差圧計（個数1、計測範囲0～60Pa）を設ける設計とする。 【63条14】【65条23】【67条20】	V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計	12. 第二弁操作室に関する設計 V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1 2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計 2.6 各機器固有の設計 2.7 機能を兼用する機器を含む原子炉格納施設の系統図に関する取りまとめ

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>格納容器圧力逃がし装置は、格納容器圧力逃がし装置格納槽（地下埋設）内に設置し、格納容器圧力逃がし装置使用後に高線量となるフィルタ装置等の周囲には遮蔽体（フィルタ装置遮蔽、配管遮蔽）を設け、格納容器圧力逃がし装置の使用時に本システム内に蓄積される放射性物質から放出される放射線から作業員を防護する設計とする。</p> <p>【63条17】【65条26】【67条21】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>V-1-10-8「原子炉格納施設」の様式-1</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>2.7 機能を兼用する機器を含む原子炉格納施設の系統図に関する取りまとめ</p>
<p>中央制御室遮蔽は、「2.1 中央制御室及び緊急時対策所の居住性を確保するための防護措置」に示す居住性に係る判断基準を満足する設計とする。</p>	<p>中央制御室遮蔽，中央制御室遮蔽（待避室），緊急時対策所遮蔽及び二次遮蔽は、「2.1 中央制御室及び緊急時対策所の居住性を確保するための防護措置」に示す居住性に係る判断基準を満足する設計とする。</p> <p>【38条19】【74条8】【76条12】</p>	<p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>2. 中央制御室の居住性に関する基本方針</p> <p>3. 中央制御室の居住性を確保するための防護措置</p> <p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>3. 緊急時対策所の居住性を確保するための防護措置</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p> <p>b. 居住性の確保に関する設備設計</p> <p>(b) 生体遮蔽装置</p> <p>(2) 緊急時対策所</p> <p>a. 居住性の確保に関する換気設備及び生体遮蔽装置に係る設計</p> <p>(b) 生体遮蔽装置</p> <p>11. 中央制御室待避室に関する設計</p>
—	<p>中央制御室遮蔽は、設計基準事故対処設備であるとともに、重大事故等時においても使用するため、重大事故等対処設備としての基本方針に示す設計方針を適用する。ただし、多様性及び独立性並びに位置的分散を考慮すべき対象の設計基準事故対処設備はないことから、重大事故等対処設備の基本方針のうち「5.1.2 多様性、位置的分散等」に示す設計方針は適用しない。</p> <p>【74条24】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.5 放射線管理施設</p> <p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>3.2 生体遮蔽装置</p>	<p>10. 中央制御室及び緊急時対策所の居住性に関する設計</p> <p>(1) 中央制御室</p> <p>b. 居住性の確保に関する設備設計</p> <p>(b) 生体遮蔽装置</p>
<p>3. 主要対象設備</p> <p>放射線管理施設の対象となる主要な設備について、「表1 放射線管理施設の主要設備リスト」に示す。</p>	<p>3. 主要対象設備</p> <p>放射線管理施設の対象となる主要な設備について、「表1 放射線管理施設の主要設備リスト」に示す。</p>	—	<p>—</p> <p>（「主要設備リスト」による）</p>

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書

に係る補足説明資料のうち

補足-140-7【基本設計方針から工認添付説明書及び

様式－1への展開表（原子炉格納施設）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：原子炉格納施設】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子力設備に関する技術基準を定める省令」,「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置,構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置,構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
第1章 共通項目 原子炉格納施設の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	第1章 共通項目 原子炉格納施設の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	—	1. 共通的に適用される設計
第2章 個別項目 1. 原子炉格納容器 1.1 原子炉格納容器本体等 原子炉格納施設は, 設計基準対象施設として, 原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障の際に漏えいする放射性物質が公衆に放射線障害を及ぼすおそれがない設計とする。	第2章 個別項目 1. 原子炉格納容器 1.1 原子炉格納容器本体等 原子炉格納施設は, 設計基準対象施設として, 原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障の際に漏えいする放射性物質が公衆に放射線障害を及ぼすおそれがない設計とする。 【44条1】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉格納容器にはドライウエル内のガスを循環冷却するための設備として, 冷却コイル及び送風機からなるドライウエル内ガス冷却装置 (個数4 (予備1)) を設ける設計とする。	原子炉格納容器にはドライウエル内のガスを循環冷却するための設備として, 冷却コイル及び送風機からなるドライウエル内ガス冷却装置 (個数4 (予備1)) を設ける設計とする。 【44条21】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉格納容器は, 残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系)とあいまって原子炉冷却材圧力バウンダリ配管の最も過酷な破断を想定し, これにより放出される原子炉冷却材のエネルギーによる原子炉冷却材喪失時の圧力, 温度及び設計上想定された地震荷重に耐える設計とする。また, 原子炉冷却材喪失時及び逃がし安全弁作動時において, 原子炉格納容器に生じる動荷重に耐える設計とする。	原子炉格納容器は, 残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系)とあいまって原子炉冷却材圧力バウンダリ配管の最も過酷な破断を想定し, これにより放出される原子炉冷却材のエネルギーによる原子炉冷却材喪失時の圧力, 温度及び設計上想定された地震荷重に耐える設計とする。また, 原子炉冷却材喪失時及び逃がし安全弁作動時において, 原子炉格納容器に生じる動荷重に耐える設計とする。 【44条2】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉格納容器の開口部である出入口及び貫通部を含めて原子炉格納容器全体の漏えい率を許容	原子炉格納容器の開口部である出入口及び貫通部を含めて原子炉格納容器全体の漏えい率を許容	原子炉格納施設 要目表	(追加要求事項はないが, 本工認で必要な設計) 4. その他原子炉格納施設に係る設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>値以下に保ち、原子炉冷却材喪失時及び逃がし安全弁作動時において想定される原子炉格納容器内の圧力、温度、放射線等の環境条件の下でも原子炉格納容器バウンダリの健全性を保つ設計とする。</p>	<p>値以下に保ち、原子炉冷却材喪失時及び逃がし安全弁作動時において想定される原子炉格納容器内の圧力、温度、放射線等の環境条件の下でも原子炉格納容器バウンダリの健全性を保つ設計とする。</p> <p>【44条3】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>原子炉格納施設 原子炉格納容器(配管貫通部及び電気配線貫通部)に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>8.1.4 原子炉格納容器配管貫通部及び電気配線貫通部</p> <p>構造図</p> <p>8.1.4 原子炉格納容器配管貫通部及び電気配線貫通部</p>	<p>4.5 原子炉格納容器の電気配線貫通部の設計</p>
<p>通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において、原子炉格納容器バウンダリを構成する機器は脆性破壊及び破断が生じない設計とする。脆性破壊に対しては、最低使用温度を考慮した破壊じん性試験を行い、規定値を満足した材料を使用する設計とする。</p>	<p>通常運転時、運転時の異常な過渡変化時及び設計基準事故時において、原子炉格納容器バウンダリを構成する機器は脆性破壊及び破断が生じない設計とする。脆性破壊に対しては、最低使用温度を考慮した破壊じん性試験を行い、規定値を満足した材料を使用する設計とする。</p> <p>【44条4】</p>	<p>—</p>	<p>— (追加要求事項なし)</p>
<p>原子炉格納容器を貫通する箇所及び出入口は、想定される漏えい量その他の漏えい試験に影響を与える環境条件として、判定基準に適切な余裕係数を見込み、日本電気協会「原子炉格納容器の漏えい率試験規程」(J E A C 4 2 0 3)に定める漏えい試験のうちB種試験ができる設計とする。</p>	<p>原子炉格納容器を貫通する箇所及び出入口は、想定される漏えい量その他の漏えい試験に影響を与える環境条件として、判定基準に適切な余裕係数を見込み、日本電気協会「原子炉格納容器の漏えい率試験規程」(J E A C 4 2 0 3)に定める漏えい試験のうちB種試験ができる設計とする。</p> <p>【44条5】</p>	<p>原子炉格納施設 要目表</p> <p>原子炉格納施設 原子炉格納容器(配管貫通部及び電気配線貫通部)に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>8.1.4 原子炉格納容器配管貫通部及び電気配線貫通部</p> <p>構造図</p> <p>8.1.4 原子炉格納容器配管貫通部及び電気配線貫通部</p>	<p>(追加要求事項ではないが、本工認で必要な設計)</p> <p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.5 原子炉格納容器の電気配線貫通部の設計</p>
<p>—</p>	<p>原子炉格納容器は、想定される重大事故等において、設計基準対象施設としての最高使用圧力及び最高使用温度を超える可能性があるが、設計基準対象施設としての最高使用圧力の2倍の圧力及び200℃の温度で閉じ込め機能を損なわない設計とする。</p> <p>【63条21】【63条29】【64条5】【64条11】 【64条22】【64条31】【64条41】【64条49】 【65条11】【65条30】【66条5】【66条12】 【67条7】【67条15】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3.2 重大事故時における設計条件</p> <p>4. 重大事故時における原子炉格納容器の放射性物質閉じ込め機能評価及びその他影響確認</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>①原子炉格納容器</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計</p> <p>3.1 原子炉格納容器に係る設計</p>
<p>1.2 原子炉格納容器隔離弁</p> <p>原子炉格納容器を貫通する各施設の配管系に設ける原子炉格納容器隔離弁(以下「隔離弁」という。)</p>	<p>1.2 原子炉格納容器隔離弁</p> <p>原子炉格納容器を貫通する各施設の配管系に設ける原子炉格納容器隔離弁(以下「隔離弁」という。)</p>	<p>—</p>	<p>— (追加要求事項なし)</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
は、安全保護装置からの信号により、自動的に閉鎖する動力駆動弁、チェーンロックが可能な手動弁、キーロックが可能な遠隔操作弁又は隔離機能を有する逆止弁とし、原子炉格納容器の隔離機能の確保が可能な設計とする。	は、安全保護装置からの信号により、自動的に閉鎖する動力駆動弁、チェーンロックが可能な手動弁、キーロックが可能な遠隔操作弁又は隔離機能を有する逆止弁とし、原子炉格納容器の隔離機能の確保が可能な設計とする。 【44条6】		
原子炉冷却材圧力バウンダリに連絡するか、又は原子炉格納容器内に開口し、原子炉格納容器を貫通している各配管は、原子炉冷却材喪失事故時に必要とする配管及び計測制御系統施設に関連する小口径配管を除いて、原則として原子炉格納容器の内側に1個、外側に1個の自動隔離弁を原子炉格納容器に近接した箇所に設ける設計とする。	原子炉冷却材圧力バウンダリに連絡するか、又は原子炉格納容器内に開口し、原子炉格納容器を貫通している各配管は、原子炉冷却材喪失事故時に必要とする配管及び計測制御系統施設に関連する小口径配管を除いて、原則として原子炉格納容器の内側に1個、外側に1個の自動隔離弁を原子炉格納容器に近接した箇所に設ける設計とする。 【44条7】	—	— (追加要求事項なし)
ただし、原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設内及び原子炉格納容器内に開口部がなく、かつ、原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊の際に損壊するおそれがない管、又は原子炉格納容器外側で閉じた系を構成した管で、原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊その他の異常の際に、原子炉格納容器内で水封が維持され、かつ、原子炉格納容器外へ導かれた漏えい水による放射性物質の放出量が、原子炉冷却材喪失事故の原子炉格納容器内気相部からの漏えいによる放出量に比べ十分小さい配管については、原子炉格納容器の外側又は内側に少なくとも1個の隔離弁を原子炉格納容器に近接した箇所に設ける設計とする。	ただし、原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設内及び原子炉格納容器内に開口部がなく、かつ、原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊の際に損壊するおそれがない管、又は原子炉格納容器外側で閉じた系を構成した管で、原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊その他の異常の際に、原子炉格納容器内で水封が維持され、かつ、原子炉格納容器外へ導かれた漏えい水による放射性物質の放出量が、原子炉冷却材喪失事故の原子炉格納容器内気相部からの漏えいによる放出量に比べ十分小さい配管については、原子炉格納容器の外側又は内側に少なくとも1個の隔離弁を原子炉格納容器に近接した箇所に設ける設計とする。 【44条8】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉格納容器の内側で閉じた系を構成する管に設置する隔離弁は、遠隔操作にて閉止可能な弁を設置することも可能とする。	原子炉格納容器の内側で閉じた系を構成する管に設置する隔離弁は、遠隔操作にて閉止可能な弁を設置することも可能とする。 【44条9】	—	— (追加要求事項なし)
貫通箇所の内側又は外側に設置する隔離弁は、一方の側の設置箇所における管であって、湿気や水滴等により駆動機構等の機能が著しく低下するおそれがある箇所、配管が狹隘部を貫通する場合であって貫通部に近接した箇所に設置できないことによ	貫通箇所の内側又は外側に設置する隔離弁は、一方の側の設置箇所における管であって、湿気や水滴等により駆動機構等の機能が著しく低下するおそれがある箇所、配管が狹隘部を貫通する場合であって貫通部に近接した箇所に設置できないことによ	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
りその機能が著しく低下するような箇所には、貫通箇所の外側であって近接した箇所に2個の隔離弁を設ける設計とする。	りその機能が著しく低下するような箇所には、貫通箇所の外側であって近接した箇所に2個の隔離弁を設ける設計とする。 【44条10】		
—	原子炉格納容器を貫通する配管には、圧力開放板を設けない設計とする。 【44条11】	V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.1.9 原子炉格納容器隔離弁	3. 原子炉格納施設の設計 3.1 原子炉格納容器に係る設計 (2) 各機器固有の設計 c. 原子炉格納容器隔離弁に係る設計
設計基準事故の収束に必要な非常用炉心冷却系、可燃性ガス濃度制御系及び残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)で原子炉格納容器を貫通する配管、その他隔離弁を設けることにより安全性を損なうおそれがあり、かつ、当該系統の配管により原子炉格納容器の隔離機能が失われない場合は、自動隔離弁を設けない設計とする。	設計基準事故及び重大事故等の収束に必要な非常用炉心冷却系、可燃性ガス濃度制御系、不活性ガス系及び残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)で原子炉格納容器を貫通する配管、その他隔離弁を設けることにより安全性を損なうおそれがあり、かつ、当該系統の配管により原子炉格納容器の隔離機能が失われない場合は、自動隔離弁を設けない設計とする。 【44条12】	V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 2. 基本方針 3. 原子炉格納施設の設計条件 3.1.9 原子炉格納容器隔離弁	3. 原子炉格納施設の設計 3.1 原子炉格納容器に係る設計 (2) 各機器固有の設計 c. 原子炉格納容器隔離弁に係る設計
ただし、原則遠隔操作が可能であり、設計基準事故時に容易に閉鎖可能な隔離機能を有する弁を設置する設計とする。	ただし、原則遠隔操作が可能であり、設計基準事故時及び重大事故等時に容易に閉鎖可能な隔離機能を有する弁を設置する設計とする。 【44条13】	V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3. 原子炉格納施設の設計条件 3.1.9 原子炉格納容器隔離弁	3. 原子炉格納施設の設計 3.1 原子炉格納容器に係る設計 (2) 各機器固有の設計 c. 原子炉格納容器隔離弁に係る設計
原子炉格納容器を貫通する計測制御系統施設又は制御棒駆動装置に関連する小口径配管であって特に隔離弁を設けない場合には、隔離弁を設置したのと同等の隔離機能を有する設計とする。	原子炉格納容器を貫通する計測制御系統施設又は制御棒駆動装置に関連する小口径配管であって特に隔離弁を設けない場合には、隔離弁を設置したのと同等の隔離機能を有する設計とする。 【44条14】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉冷却材圧力バウンダリに接続される原子炉格納容器を貫通する計測系配管に隔離弁を設けない場合は、オリフィス又は過流量防止逆止弁を設置し、流出量抑制対策を講じる設計とする。	原子炉冷却材圧力バウンダリに接続される原子炉格納容器を貫通する計測系配管に隔離弁を設けない場合は、オリフィス又は過流量防止逆止弁を設置し、流出量抑制対策を講じる設計とする。 【44条15】	—	— (追加要求事項なし)
隔離弁は、閉止後に駆動動力源が喪失した場合においても閉止状態が維持され隔離機能が喪失しない設計とする。また、隔離弁のうち、隔離信号で自動閉止するものは、隔離信号が除去されても自動開とはならない設計とする。	隔離弁は、閉止後に駆動動力源が喪失した場合においても閉止状態が維持され隔離機能が喪失しない設計とする。また、隔離弁のうち、隔離信号で自動閉止するものは、隔離信号が除去されても自動開とはならない設計とする。 【44条16】	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>隔離弁は、想定される漏えい量その他の漏えい試験に影響を与える環境条件として、判定基準に適切な余裕係数を見込み、日本電気協会「原子炉格納容器の漏えい率試験規程」(J E A C 4 2 0 3)に定める漏えい試験のうちC種試験ができる設計とする。また、隔離弁は動作試験ができる設計とする。</p>	<p>隔離弁は、想定される漏えい量その他の漏えい試験に影響を与える環境条件として、判定基準に適切な余裕係数を見込み、日本電気協会「原子炉格納容器の漏えい率試験規程」(J E A C 4 2 0 3)に定める漏えい試験のうちC種試験ができる設計とする。また、隔離弁は動作試験ができる設計とする。 【44条17】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>2. 原子炉建屋 2.1 原子炉建屋原子炉棟等 原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障の際に原子炉格納容器から気体状の放射性物質が漏えいすることによる敷地境界外の実効線量が「発電用軽水型原子炉施設の安全評価に関する審査指針(平成2年8月30日原子力安全委員会)」に規定する線量を超えないよう、当該放射性物質の濃度を低減する設備として原子炉建屋原子炉棟を設置する。</p>	<p>2. 原子炉建屋 2.1 原子炉建屋原子炉棟等 原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障の際に原子炉格納容器から気体状の放射性物質が漏えいすることによる敷地境界外の実効線量が「発電用軽水型原子炉施設の安全評価に関する審査指針(平成2年8月30日原子力安全委員会)」に規定する線量を超えないよう、当該放射性物質の濃度を低減する設備として原子炉建屋原子炉棟を設置する。 【44条20】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>原子炉建屋原子炉棟は、原子炉格納容器を収納する建屋であって、非常用ガス処理系等により、内部の負圧を確保し、原子炉格納容器から放射性物質の漏えいがあっても発電所周辺に直接放出されることを防止する設計とする。</p>	<p>原子炉建屋原子炉棟は、原子炉格納容器を収納する建屋であって、非常用ガス処理系等により、内部の負圧を確保し、原子炉格納容器から放射性物質の漏えいがあっても発電所周辺に直接放出されることを防止する設計とする。 【44条22】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>原子炉建屋原子炉棟に開口部を設ける場合には、気密性を確保する設計とする。</p>	<p>原子炉建屋原子炉棟に開口部を設ける場合には、気密性を確保する設計とする。 【44条24】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>新燃料貯蔵庫及び使用済燃料プールは、燃料体等の落下により燃料体等が破損して放射性物質の放出により公衆に放射線障害を及ぼすおそれがある場合において、放射性物質による敷地外への影響を低減するため、原子炉建屋原子炉棟内に設置する。</p>	<p>新燃料貯蔵庫及び使用済燃料プールは、燃料体等の落下により燃料体等が破損して放射性物質の放出により公衆に放射線障害を及ぼすおそれがある場合において、放射性物質による敷地外への影響を低減するため、原子炉建屋原子炉棟内に設置する。 【26条51】</p>	—	— (追加要求事項なし)
—	<p>原子炉建屋原子炉棟は、重大事故等時においても、非常用ガス処理系により、内部の負圧を確保することができる設計とする。原子炉建屋原子炉棟の気密バウンダリの一部として原子炉建屋原子炉棟</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設) V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p>	<p>3. 原子炉格納施設的设计 3.5 原子炉建屋原子炉棟に係る設計 4. その他原子炉格納施設に係る設計 4.3 ブローアウトパネル閉止装置的设计</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>に設置する原子炉建屋外側ブローアウトパネルは、閉状態の維持又は開放時に再開止が可能な設計とする。</p> <p>【68条4】【74条22】</p>	<p>3.1.16 原子炉建屋原子炉棟</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書別添-4 ブローアウトパネル関連設備の設計方針</p>	
<p>3. 圧力低減設備その他の安全設備</p> <p>3.1 真空破壊装置</p> <p>原子炉冷却材喪失事故後、ドライウエル圧力がサプレッション・チェンバ圧力より低下した場合に、ドライウエルとサプレッション・チェンバ間に設置された11台の真空破壊装置が、圧力差により自動的に働き、サプレッション・チェンバのプール水逆流並びにドライウエルとサプレッション・チェンバの差圧によるダイヤフラム・フロア及び原子炉圧力容器基礎の破損を防止できる設計とする。</p> <p>なお、発電用原子炉の運転時に原子炉格納容器に窒素を充てんしていることなどから、原子炉格納容器外面に受ける圧力が設計を超えることはない。</p>	<p>3. 圧力低減設備その他の安全設備</p> <p>3.1 真空破壊装置</p> <p>原子炉冷却材喪失事故後、ドライウエル圧力がサプレッション・チェンバ圧力より低下した場合に、ドライウエルとサプレッション・チェンバ間に設置された11台の真空破壊装置が、圧力差により自動的に働き、サプレッション・チェンバのプール水逆流並びにドライウエルとサプレッション・チェンバの差圧によるダイヤフラム・フロア及び原子炉圧力容器基礎の破損を防止できる設計とする。</p> <p>なお、発電用原子炉の運転時に原子炉格納容器に窒素を充てんしていることなどから、原子炉格納容器外面に受ける圧力が設計を超えることはない。</p> <p>【20条17】</p>	—	— (追加要求事項なし)
—	<p>想定される重大事故等時において、ドライウエル圧力がサプレッション・チェンバ圧力より低下した場合に、ドライウエルとサプレッション・チェンバ間に設置された11台の真空破壊装置が、圧力差により自動的に働き、サプレッション・チェンバのプール水逆流並びにドライウエルとサプレッション・チェンバの差圧によるダイヤフラム・フロア及び原子炉圧力容器基礎の破損を防止できる設計とする。</p> <p>【54条17】【63条22】【63条30】【63条26】 【64条6】【64条13】【64条24】【64条33】 【64条43】【64条51】【65条12】【65条30】 【66条6】【66条14】【67条8】【67条16】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.1.15 真空破壊装置</p>	<p>3. 原子炉格納施設の設計</p> <p>3.4 真空破壊装置の設計</p>
<p>3.2 原子炉格納容器安全設備</p> <p>3.2.1 格納容器スプレイ冷却系</p> <p>原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障の際に生ずる原子炉格納容器内の圧力及び温度の上昇により原子炉格納容器の安全性を損なうことを防止するため、原子炉</p>	<p>3.2 原子炉格納容器安全設備</p> <p>3.2.1 格納容器スプレイ冷却系</p> <p>原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障の際に生ずる原子炉格納容器内の圧力及び温度の上昇により原子炉格納容器の安全性を損なうことを防止するため、原子炉</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
格納容器内において発生した熱を除去する設備として、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)を設ける。	格納容器内において発生した熱を除去する設備として、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)を設ける。 【44条27】		
残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)は、原子炉冷却材圧力バウンダリ配管の最も過酷な破断を想定した場合でも、放出されるエネルギーによる設計基準事故時の原子炉格納容器内圧力、温度が最高使用圧力、最高使用温度を超えないようにし、かつ、原子炉格納容器の内圧を速やかに下げて低く維持することにより、放射性物質の外部への漏えいを少なくする設計とする。	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)は、原子炉冷却材圧力バウンダリ配管の最も過酷な破断を想定した場合でも、放出されるエネルギーによる設計基準事故時の原子炉格納容器内圧力、温度が最高使用圧力、最高使用温度を超えないようにし、かつ、原子炉格納容器の内圧を速やかに下げて低く維持することにより、放射性物質の外部への漏えいを少なくする設計とする。 【44条28】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障の際に原子炉格納容器から気体状の放射性物質が漏えいすることによる敷地境界外の実効線量が「発電用軽水型原子炉施設の安全評価に関する審査指針(平成2年8月30日原子力安全委員会)」に規定する線量を超えないよう、当該放射性物質の濃度を低減する設備として残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)を設置する。	原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障の際に原子炉格納容器から気体状の放射性物質が漏えいすることによる敷地境界外の実効線量が「発電用軽水型原子炉施設の安全評価に関する審査指針(平成2年8月30日原子力安全委員会)」に規定する線量を超えないよう、当該放射性物質の濃度を低減する設備として残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)を設置する。 【44条20】	—	— (追加要求事項なし)
残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)は、原子炉冷却材喪失事故時に、サブプレッション・チェンバのプール水をドライウエル内及びサブプレッション・チェンバ内にスプレイすることにより、環境に放出される放射性物質の濃度を減少させる設計とする。	残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)は、原子炉冷却材喪失事故時に、サブプレッション・チェンバのプール水をドライウエル内及びサブプレッション・チェンバ内にスプレイすることにより、環境に放出される放射性物質の濃度を減少させる設計とする。 【44条25】	—	— (追加要求事項なし)
原子炉格納容器安全設備のうち、サブプレッション・チェンバのプール水を水源とする原子炉格納容器安全設備のポンプは、原子炉格納容器内の圧力及び温度並びに、冷却材中の異物の影響について「非常用炉心冷却設備又は格納容器熱除去設備に係るろ過装置の性能評価等につ	原子炉格納容器安全設備のうち、サブプレッション・チェンバのプール水を水源とする原子炉格納容器安全設備のポンプは、原子炉格納容器内の圧力及び温度並びに、冷却材中の異物の影響について「非常用炉心冷却設備又は格納容器熱除去設備に係るろ過装置の性能評価等につ	V-1-8-4 圧力低減設備その他の安全設備のポンプの有効吸込水頭に関する説明書 2.1 サプレッション・プールを水源とするポンプの有効NPSH 3.1 サプレッション・プールを水源とするポンプの評価方針	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.6 各機器固有の設計 (1) 設備共通の設計 c. 圧力低減設備のポンプの有効吸込水頭に係る設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
いて (内規) (平成 20・02・12 原院第 5 号 (平成 20 年 2 月 27 日原子力安全・保安院制定)) によるろ過装置の性能評価により, 設計基準事故時に想定される最も小さい有効吸込水頭においても, 正常に機能する能力を有する設計とする。	いて (内規) (平成 20・02・12 原院第 5 号 (平成 20 年 2 月 27 日原子力安全・保安院制定)) によるろ過装置の性能評価により, 設計基準事故時及び重大事故等時に想定される最も小さい有効吸込水頭においても, 正常に機能する能力を有する設計とする。 【44 条 29】 【54 条 107】	3. 4. 1 サプレッション・プールを水源とするポンプの有効 NPSH 評価方法 3. 5. 1 サプレッション・プールを水源とするポンプの有効 NPSH 評価結果	
残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系) の仕様は, 設置 (変更) 許可を受けた設計基準事故の評価の条件を満足する設計とする。	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系) の仕様は, 設置 (変更) 許可を受けた設計基準事故の評価の条件を満足する設計とする。 【44 条 30】	—	— (追加要求事項なし)
サプレッション・チェンバは, 設計基準対象施設として容量 3400 m ³ , 個数 1 個を設置する。	サプレッション・チェンバは, 設計基準対象施設として容量 3400 m ³ , 個数 1 個を設置する。 【44 条 31】	—	— (追加要求事項なし)
残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系) は, テストラインを構成することにより, 発電用原子炉の運転中に試験ができる設計とする。また, 設計基準事故時に動作する弁については, 残留熱除去系ポンプが停止中に開閉試験ができる設計とする。	残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系) は, テストラインを構成することにより, 発電用原子炉の運転中に試験ができる設計とする。また, 設計基準事故時に動作する弁については, 残留熱除去系ポンプが停止中に開閉試験ができる設計とする。 【44 条 32】	—	— (追加要求事項なし)
—	重要度が特に高い安全機能を有する系統において, 設計基準事故が発生した場合に長期間にわたって機能が要求される静的機器のうち, 単一設計とする残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系) のスプレイヘッド (サプレッション・チェンバ側) については, 想定される最も過酷な単一故障の条件として, 配管 1 箇所全周破断を想定した場合においても, 原子炉格納容器の冷却機能を達成できる設計とする。 【14 条 11】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2. 1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3. 6 原子炉格納施設	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2. 1 機能に係る設計条件の設定 2. 2 機能単位の系統の明確化 2. 3 兼用する機能の確認 2. 4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③原子炉格納容器安全設備 ・格納容器スプレイヘッド 2. 5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計 4. その他原子炉格納施設に係る設計 4. 1 放射性物質濃度低減設備の単一故障に係る設備
—	また, このような場合においても, 残留熱除去系 2 系統にてドライウェルスプレイを行うか, 又は 1 系統をドライウェルスプレイ, もう 1 系統を残留熱除去系 (サプレッション・プール冷却系) で運転することで原子炉格納容器の	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2. 1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3. 6 原子炉格納施設	4. その他原子炉格納施設に係る設計 4. 1 放射性物質濃度低減設備の単一故障に係る設備

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>冷却機能を代替できる設計とする。</p> <p>【14条12】</p>		
—	<p>原子炉格納容器内の冷却等のための設備として、想定される重大事故等時において、設計基準事故対処設備である残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)が使用できる場合は重大事故等対処設備として使用できる設計とする。</p> <p>【64条2】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・残留熱除去系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>炉心の著しい損傷防止のための原子炉格納容器内冷却に用いる設備のうち、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)が、全交流動力電源喪失により起動できない場合の重大事故等対処設備として、常設代替交流電源設備を使用し、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)を復旧できる設計とする。</p> <p>【64条15】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>b. 残留熱除去設備</p> <p>(a) 残留熱除去系への電源供給に関する設計</p>
—	<p>炉心の著しい損傷が発生した場合において、全交流動力電源喪失又は残留熱除去系海水系機能喪失によるサポート系の故障により、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)が起動できない場合の重大事故等対処設備として、常設代替交流電源設備を使用し、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)を復旧できる設計とする。</p> <p>残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)は、常設代替交流電源設備からの給電により機能を復旧し、残留熱除去系ポンプによりサプレッション・チェンバのプール水をドライウエル内及びサプレッション・チェンバ内にスプレイすることで原子炉格納容器を冷却できる設計とする。本系統に使用する冷却水は残留熱除去系</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <p>・残留熱除去系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>b. 残留熱除去設備</p> <p>(a) 残留熱除去系への電源供給に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	海水系又は緊急用海水系から供給できる設計とする。 【64条16】【64条35】		
—	残留熱除去系ポンプ及び残留熱除去系熱交換器は、設計基準事故対処設備であるとともに重大事故等時においても使用するため、重大事故等対処設備としての基本方針に示す設計方針を適用する。ただし、多様性及び独立性並びに位置的分散を考慮すべき対象の設計基準事故対処設備はないことから、重大事故等対処設備の基本方針のうち「5.1.2 多様性、位置的分散等」に示す設計方針は適用しない。 【64条52】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.6 原子炉格納施設	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③残留熱除去設備 ・残留熱除去系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	3.2.2 サプレッション・プール冷却系	—	— (追加要求事項なし)
—	原子炉格納容器内の冷却等のための設備として、想定される重大事故等時において、設計基準事故対処設備である残留熱除去系(サプレッション・プール冷却系)が使用できる場合は重大事故等対処設備として使用できる設計とする。 【64条2】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設) V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③残留熱除去設備 ・残留熱除去系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	炉心の著しい損傷防止のための原子炉格納容器内冷却に用いる設備のうち、残留熱除去系(サプレッション・プール冷却系)が、全交流動力電源喪失により起動できない場合の重大事故等対処設備として、常設代替交流電源設備を使用し、残留熱除去系(サプレッション・プール冷却系)を復旧できる設計とする。 【64条24】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設) V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③残留熱除去設備 ・残留熱除去系 18.5 各機器固有の設計 (2) その他各設備固有の設計 b. 残留熱除去設備 (a) 残留熱除去系への電源供給に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>炉心の著しい損傷が発生した場合において、全交流動力電源喪失又は残留熱除去系海水系機能喪失によるサポート系の故障により、残留熱除去系（サブプレッション・プール冷却系）が起動できない場合の重大事故等対処設備として、常設代替交流電源設備を使用し、残留熱除去系（サブプレッション・プール冷却系）を復旧できる設計とする。</p> <p>残留熱除去系（サブプレッション・プール冷却系）は、常設代替交流電源設備からの給電により機能を復旧し、残留熱除去系ポンプ及び残留熱除去系熱交換器により、サブプレッション・チェンバのプール水を冷却することで原子炉格納容器を冷却できる設計とする。本系統に使用する冷却水は、残留熱除去系海水系又は緊急用海水系から供給できる設計とする。</p> <p>【64条25】【64条43】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p> <p>3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>b. 残留熱除去設備</p> <p>(a) 残留熱除去系への電源供給に関する設計</p>
—	<p>残留熱除去系ポンプ及び残留熱除去系熱交換器は、設計基準事故対処設備であるとともに重大事故等時においても使用するため、重大事故等対処設備としての基本方針に示す設計方針を適用する。ただし、多様性及び独立性並びに位置的分散を考慮すべき対象の設計基準事故対処設備はないことから、重大事故等対処設備の基本方針のうち「5.1.2 多様性、位置的分散等」に示す設計方針は適用しない。</p> <p>【64条52】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>3.2.3 ほう酸水注入系</p> <p>炉心の著しい損傷が発生した場合に熔融炉心のペDESTAL（ドライウェル部）の床面への落下を遅延・防止するための重大事故等対処設備として、ほう酸水注入系を設ける設計とする。なお、この場合は、低圧代替注水系（常設）、低圧代替注水系（可搬型）、代替循環冷却系及び高圧代替注水系のいずれかによる原子炉圧力容器への注水と並行して行う。</p> <p>【66条38】</p>	<p>V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（計測制御系統施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の熔融炉心冷却機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1</p> <p>2. 計測制御系統施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>① ほう酸水注入系</p> <p>2.4 兼用を含む計測制御系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>ほう酸水注入系は、ほう酸水注入ポンプにより、ほう酸水貯蔵タンクのほう酸水を原子炉圧力容器へ注入することで、熔融炉心のペDESTAL（ドライウェル部）の床面への落下を遅延・防止する設計とする。</p> <p>【66条39】</p>	<p>V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（計測制御系統施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の熔融炉心冷却機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1</p> <p>2. 計測制御系統施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>① ほう酸水注入系</p> <p>2.4 兼用を含む計測制御系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>ほう酸水注入系は、非常用交流電源設備に加え、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【66条39-1】</p>	<p>第1-4-1図 単線結線図(1/5)</p>	<p>V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1</p> <p>2. 計測制御系統施設の兼用に関する設計</p> <p>2.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) ほう酸水注入系への電源供給に関する設計</p>
—	<p>ほう酸水注入系の流路として、設計基準対象施設である原子炉圧力容器、炉心支持構造物及び原子炉圧力容器内部構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【66条40】</p>	<p>V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体）</p> <p>V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書</p> <p>V-3-3-2 原子炉圧力容器付属構造物の強度計算書</p> <p>V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添7 原子炉圧力容器内部構造物の強度計算書</p>	<p>V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1</p> <p>2. 計測制御系統施設の兼用に関する設計</p> <p>2.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.2 兼用する機能の確認</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>① ほう酸水注入系</p> <p>2.4 兼用を含む計測制御系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.5 各機器固有の設計</p>
—	<p>3.2.4 代替格納容器スプレイ冷却系</p> <p>原子炉格納容器内の冷却等のための設備のうち、設計基準事故対処設備が有する原子炉格納容器内の冷却機能が喪失した場合において炉心の著しい損傷を防止するために原子炉格納容器内の圧力及び温度を低下させるため、また、炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉格納容器の破損を防止するために原子炉格納容器内の圧力及び温度並びに放射性物質の濃度を低下させるための重大事故等対処設備として、代替格納容器スプレイ冷却系（常</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>設)及び代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)を設ける設計とする。</p> <p>【64条1】</p>		<p>に関する設計</p>
	<p>(1) 常設低圧代替注水系ポンプによる代替格納容器スプレイ</p> <p>炉心の著しい損傷防止のための原子炉格納容器内冷却に用いる設備のうち、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)が機能喪失した場合及び全交流動力電源喪失又は残留熱除去系海水系機能喪失によるサポート系の故障により、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)及び残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)が起動できない場合の重大事故等対処設備として、代替格納容器スプレイ冷却系(常設)は、常設低圧代替注水系ポンプにより、代替淡水貯槽の水を残留熱除去系等を経由して原子炉格納容器内のスプレイヘッドからドライウエル内にスプレイすることで、原子炉格納容器内の圧力及び温度を低下させることができる設計とする。</p> <p>【64条3】 【64条13】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>炉心の著しい損傷が発生した場合において、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)が機能喪失した場合及び全交流動力電源喪失又は残留熱除去系海水系機能喪失によるサポート系の故障により、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)及び残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)が起動できない場合の重大事故等対処設備として、代替格納容器スプレイ冷却系(常設)は、常設低圧代替注水系ポンプにより、代替淡水貯槽の水を残留熱除去系等を経由してスプレイヘッドからドライウエル内にスプレイすることで、原子炉格納容器内の圧力及び温度並びに放射性物質の濃度を低下させることができる設計とする。</p> <p>【64条33】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>代替格納容器スプレイ冷却系（常設）は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【64条4】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p> <p>3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(b) 低圧代替注水系への電源供給に関する設計</p>
—	<p>代替格納容器スプレイ冷却系（常設）は、炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損を防止するための設備として兼用する設計とする。</p> <p>【64条51】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p> <p>3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>代替格納容器スプレイ冷却系（常設）は、残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、常設低圧代替注水系ポンプを代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電により駆動できることで、非常用所内電気設備を経由した非常用交流電源設備からの給電により駆動する残留熱除去系ポンプを用いた残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）に対して多様性を有する設計とする。</p> <p>【64条53】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>代替格納容器スプレイ冷却系（常設）の電動弁は、ハンドルを設けて手動操作を可能とすることで、非常用交流電源設備からの給電による遠隔操作に対して多様性を有する設計とする。また、代替格納容器スプレイ冷却系（常設）の電動弁は、代替所内電気設備を経由して給電する系統において、独立した電路で系統構成する</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>ことにより,非常用所内電気設備を経由して給電する系統に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【64条54】</p>		18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	<p>また,代替格納容器スプレイ冷却系(常設)は,代替淡水貯槽を水源とすることで,サプレッション・チェンバを水源とする残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)に対して異なる水源を有する設計とする。常設低圧代替注水系ポンプ及び代替淡水貯槽は,常設低圧代替注水系格納槽内に設置することで,原子炉建屋原子炉棟内の残留熱除去系ポンプ及びサプレッション・チェンバと共通要因によって同時に機能を損なわないよう位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【64条55】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>代替格納容器スプレイ冷却系(常設)は,残留熱除去系と共通要因によって同時に機能を損なわないよう,水源から残留熱除去系配管との合流点までの系統について,残留熱除去系に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【64条61】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>これらの多様性及び系統の独立性並びに位置的分散によって,代替格納容器スプレイ冷却系(常設)は,設計基準事故対処設備である残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)に対して重大事故等対処設備としての独立性を有する設計とする。</p> <p>【64条62】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>原子炉格納容器安全設備のうち,代替淡水貯槽を水源とする原子炉格納容器安全設備のポンプは,代替淡水貯槽の圧力及び温度により,想定される最も小さい有効吸込水頭においても,正常に機能する能力を有する設計とする。</p>	<p>V-1-8-4 圧力低減設備その他の安全設備のポンプの有効吸込水頭に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>2.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの有効NPSH</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>(1) 設備共通の設計</p> <p>c. 圧力低減設備のポンプの有効吸込水頭に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	【54条109】	3. 評価 3.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの評価方針 3.3 評価対象ポンプの選定 3.4.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの有効NPSH評価方法	
	(2) 可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプによる代替格納容器スプレイ炉心の著しい損傷防止のための原子炉格納容器内冷却に用いる設備のうち、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)の機能が喪失した場合及び全交流動力電源喪失により、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)及び残留熱除去系(サプレッション・プール冷却系)が起動できない場合の重大事故等対処設備として、代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)は、可搬型代替注水中型ポンプ(直列2台)により西側淡水貯水設備の水を、可搬型代替注水大型ポンプにより代替淡水貯槽の水を残留熱除去系等を経由してスプレイヘッドからドライウエル内にスプレイすることで、原子炉格納容器内の圧力及び温度を低下させることができる設計とする。 【64条7】【64条14】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設) V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設) V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書 3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備・低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
	炉心の著しい損傷が発生した場合において、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)が機能喪失した場合及び全交流動力電源喪失又は残留熱除去系海水系機能喪失によるサポート系の故障により、残留熱除去系(格納容器スプレイ冷却系)及び残留熱除去系(サプレッション・プール冷却系)が起動できない場合の重大事故等対処設備として、代替格納容器スプレイ冷却系(可搬型)は、可搬型代替注水中型ポンプ(直列2台)により西側淡水貯水設備の水を、可搬型代替注水大型ポンプにより代替淡水貯槽の水を残留熱除去系等を経由してスプレイヘッドからドライウエル内にスプレイすることで、原子炉格納容器内の圧力及び温度並び	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設) V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設) V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書 3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備・低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	に放射性物質の濃度を低下させることができる設計とする。 【64条34】		
—	代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。また、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。 【64条8】	V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能 V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 (2) その他各設備固有の設計 c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 (b) 低圧代替注水系への電源供給に関する設計
—	代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）は、炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損を防止するための設備として兼用する設計とする。 【64条51】	V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）は、残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）及び代替格納容器スプレイ冷却系（常設）と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプを空冷式のディーゼルエンジンにより駆動することで、電動機駆動ポンプにより構成される残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）及び代替格納容器スプレイ冷却系（常設）	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.6 原子炉格納施設	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>に対して多様性を有する設計とする。</p> <p>【64条56】</p>		
—	<p>代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）の電動弁は、ハンドルを設けて手動操作を可能とすることで、非常用交流電源設備からの給電による遠隔操作に対して多様性を有する設計とする。また、代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）の電動弁は、代替所内電気設備を経由して給電する系統において、独立した電路で系統構成することにより、非常用所内電気設備を経由して給電する系統に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【64条57】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）の可搬型代替注水中型ポンプは、西側淡水貯水設備を水源とすることで、サブプレッション・チェンバを水源とする残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）及び代替淡水貯槽を水源とする代替格納容器スプレイ冷却系（常設）に対して異なる水源を有する設計とする。また、代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）の可搬型代替注水大型ポンプは、代替淡水貯槽を水源とすることで、サブプレッション・チェンバを水源とする残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）に対して異なる水源を有する設計とする。</p> <p>【64条58】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p> <p>3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、原子炉建屋及び常設低圧代替注水系格納槽から離れた屋外に分散して保管することで、原子炉建屋原子炉棟内の残留熱除去系ポンプ及び常設低圧代替注水系格納槽内の常設低圧代替注水系ポンプと共通要因によって同時に機能を損なわないよう位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【64条59】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプの接続口は、共通要因によって</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>接続できなくなることを防止するため、位置的分散を図った複数箇所に設置する設計とする。</p> <p>【64条60】</p>	<p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）は、残留熱除去系と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、水源から残留熱除去系配管との合流点までの系統について、残留熱除去系に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【64条61】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>V-1-10-4 「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>これらの多様性及び系統の独立性並びに位置的分散によって、代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）は、設計基準事故対処設備である残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）に対して重大事故等対処設備としての独立性を有する設計とする。また、これらの多様性及び位置的分散によって、代替格納容器スプレイ冷却系（常設）及び代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）は、互いに重大事故等対処設備としての独立性を有する設計とする。</p> <p>【64条62】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>V-1-10-4 「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>原子炉格納容器安全設備のうち、代替淡水貯槽、西側淡水貯水設備、SA用海水ピットを水源とする原子炉格納容器安全設備のポンプは、代替淡水貯槽、西側淡水貯水設備、SA用海水ピットの圧力及び温度により、想定される最も小さい有効吸込水頭においても、正常に機能する能力を有する設計とする。</p> <p>【54条109】</p>	<p>V-1-8-4 圧力低減設備その他の安全設備のポンプの有効吸込水頭に関する説明書</p> <p>2.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの有効NPSH</p> <p>3.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの評価方針</p> <p>3.4.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの有効NPSH評価方法</p> <p>3.5.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの有効NPSH評価結果</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>(1) 設備共通の設計</p> <p>c. 圧力低減設備のポンプの有効吸込水頭に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>3.2.5 代替循環冷却系</p> <p>炉心の著しい損傷が発生した場合において、原子炉格納容器の過圧による破損を防止するために必要な重大事故等対処設備のうち、原子炉格納容器バウンダリを維持しながら原子炉格納容器内の圧力及び温度を低下させるための設備及び炉心の著しい損傷が発生した場合に溶融炉心のペDESTAL（ドライウエル部）の床面への落下を遅延・防止するための重大事故等対処設備として、代替循環冷却系を設ける設計とする。なお、溶融炉心のペDESTAL（ドライウエル部）の床面への落下を遅延・防止する場合は、ほう酸水注入系による原子炉圧力容器へのほう酸水注入と並行して行う。</p> <p>【65条1】【66条29】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③ 残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・代替循環冷却系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>代替循環冷却系は、Mark-II型原子炉格納容器の特徴を踏まえ多重性を有する設計とし、代替循環冷却系ポンプによりサプレッション・チェンバのプール水を残留熱除去系熱交換器にて冷却し、残留熱除去系等を経由して原子炉格納容器内へスプレイするとともに、原子炉注水及びサプレッション・チェンバのプール水の除熱を行うことで、原子炉格納容器バウンダリを維持しながら原子炉格納容器内の圧力及び温度を低下できる設計とする。また、本系統に使用する冷却水は、残留熱除去系海水系又は緊急用海水系により冷却できる設計とする。</p> <p>【65条2】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③ 残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・代替循環冷却系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>代替循環冷却系は、代替循環冷却系ポンプにより、サプレッション・チェンバのプール水を残留熱除去系等を経由して原子炉圧力容器へ注水することで溶融炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>本系統に使用する冷却水は、残留熱除去系海水系又は緊急用海水系から供給できる設計とする。</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	【66条30】		③ 残留熱除去設備 ・残留熱除去系 ④ 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 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	原子炉格納容器内へスプレイされた水は、格納容器ベント管を経て、サブプレッション・チェンバに戻ることで循環できる設計とする。 【65条4】	V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③ 残留熱除去設備 ・残留熱除去系 ④ 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 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	代替循環冷却系は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。 【65条5】【66条31】	V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.5 各機器固有の設計 (2) その他各設備固有の設計 b. 残留熱除去設備 (a) 残留熱除去系への電源供給に関する設計 c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 (e) 代替循環冷却系への電源供給に関する設計
—	代替循環冷却系の流路として、設計基準対象施設である残留熱除去系ポンプ、原子炉圧力容器、炉心支持構造物及び原子炉圧力容器内部構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。 【65条10】【66条32】	V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉本体) V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設) V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書 V-3-3-2 原子炉圧力容器付属構造物の強度計算書	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③ 残留熱除去設備 ・残留熱除去系 ④ 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

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書 V-3-別添7 原子炉压力容器内部構造物の強度計算書	18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 (1) 設備共通の設計
—	代替循環冷却系及び格納容器圧力逃がし装置は、共通要因によって同時に機能を損なわないよう、原理の異なる冷却及び原子炉格納容器内の減圧手段を用いることで多様性を有する設計とする。 【65条32】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.2 原子炉冷却系統施設 3.6 原子炉格納施設	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③ 残留熱除去設備 ・残留熱除去系 ④ 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 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	代替循環冷却系は、非常用交流電源設備に対して多様性を有する常設代替交流電源設備からの給電により駆動できる設計とする。また、格納容器圧力逃がし装置は、非常用交流電源設備に対して多様性を有する常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電により駆動できる設計とする。格納容器圧力逃がし装置は、人力により排出経路に設置される隔離弁を操作できる設計とすることで、代替循環冷却系に対して駆動源の多様性を有する設計とする。 【65条33】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.2 原子炉冷却系統施設 3.6 原子炉格納施設	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③ 残留熱除去設備 ・残留熱除去系 ④ 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 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	代替循環冷却系の代替循環冷却系ポンプ、残留熱除去系熱交換器及びサブプレッション・チェンバは原子炉建屋原子炉棟内に設置し、格納容器圧力逃がし装置のフィルタ装置は原子炉建屋近傍の格納容器圧力逃がし装置格納槽（地下埋設）に、第二弁操作室遮蔽、第二弁操作室空気ポンベ及び第二弁操作室差圧計は原子炉建屋付属棟に、圧力開放板は原子炉建屋近傍の屋外に設置することで共通要因によって同時に機能を損なわないよう位置的分散を図る設計	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.2 原子炉冷却系統施設 3.6 原子炉格納施設	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③ 残留熱除去設備 ・残留熱除去系 ④ 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 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	とする。 【65条34】		に関する設計
—	代替循環冷却系と格納容器圧力逃がし装置は、共通要因によって同時に機能を損なわないよう、流路を分離することで独立性を有する設計とする。 【65条35】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.2 原子炉冷却系統施設 3.6 原子炉格納施設	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③ 残留熱除去設備 ・残留熱除去系 ④ 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 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	これらの多様性及び流路の独立性並びに位置的分散によって、代替循環冷却系と格納容器圧力逃がし装置は、互いに重大事故等対処設備として、可能な限りの独立性を有する設計とする。 【65条36】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.2 原子炉冷却系統施設 3.6 原子炉格納施設	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③ 残留熱除去設備 ・残留熱除去系 ④ 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 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	原子炉格納容器安全設備のうち、サブプレッション・チェンバのプール水を水源とする原子炉格納容器安全設備のポンプは、原子炉格納容器内の圧力及び温度並びに、冷却材中の異物の影響について「非常用炉心冷却設備又は格納容器熱除去設備に係るろ過装置の性能評価等について(内規)」(平成20・02・12原院第5号(平成20年2月27日原子力安全・保安院制定))によるろ過装置の性能評価により、重大事故等時に想定される最も小さい有効吸込水頭においても、正常に機能する能力を有する設計とする。 【54条107】	V-1-8-4 圧力低減設備その他の安全設備のポンプの有効吸込水頭に関する説明書 2.1 サプレッション・プールを水源とするポンプの有効NPSH 3.1 サプレッション・プールを水源とするポンプの評価方針 3.4.1 サプレッション・プールを水源とするポンプの有効NPSH評価方法 3.5.1 サプレッション・プールを水源とするポンプの有効NPSH評価結果	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.6 各機器固有の設計 (1) 設備共通の設計 c. 圧力低減設備のポンプの有効吸込水頭に係る設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>3.2.6 格納容器下部注水系</p> <p>炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉格納容器の破損を防止するため、熔融し、ペDESTAL（ドライウエル部）に落下した炉心を冷却するために必要な重大事故等対処設備として、格納容器下部注水系（常設）及び格納容器下部注水系（可搬型）を設ける設計とする。また、熔融炉心がペDESTAL（ドライウエル部）に落下するまでに、ペDESTAL（ドライウエル部）にあらかじめ十分な水位を確保し、落下した熔融炉心の冷却が可能な設計とする。なお、格納容器下部注水系（常設）によるペDESTAL（ドライウエル部）への注水及び格納容器下部注水系（可搬型）によるペDESTAL（ドライウエル部）への注水と合わせて、熔融炉心が原子炉圧力容器からペDESTAL（ドライウエル部）へ落下する場合に、熔融炉心とペDESTAL（ドライウエル部）のコンクリートの相互作用による侵食及び熔融炉心からペDESTAL（ドライウエル部）のコンクリートへの熱影響を抑制するため、ペDESTAL（ドライウエル部）にコリウムシールドを設ける設計とする。</p> <p>【66条1】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の熔融炉心冷却機能</p> <p>別添2 コリウムシールド及びペDESTAL排水系の設計</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.4 コリウムシールドの設計</p>
—	<p>(1) 常設低圧代替注水系ポンプによるペDESTAL（ドライウエル部）への注水</p> <p>ペDESTAL（ドライウエル部）に落下した熔融炉心の冷却を行うための重大事故等対処設備として、格納容器下部注水系（常設）は、常設低圧代替注水系ポンプにより、代替淡水貯槽の水を格納容器下部注水系配管等を経由してペDESTAL（ドライウエル部）へ注水し、熔融炉心が落下するまでにペDESTAL（ドライウエル部）にあらかじめ十分な水位を確保するとともに、落下した熔融炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>【66条2】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の熔融炉心冷却機能</p> <p>別添2 コリウムシールド及びペDESTAL排水系の設計</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.4 コリウムシールドの設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>格納容器下部注水系（常設）は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【66条3】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の 溶融炉心冷却機能</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(b) 低圧代替注水系への電源供給に関する設計</p>
—	<p>コリウムシールドは、溶融炉心がペDESTAL（ドライウェル部）へと落下した場合において、溶融炉心とペDESTAL（ドライウェル部）のコンクリートの相互作用による侵食及び溶融炉心からペDESTAL（ドライウェル部）のコンクリートへの熱影響を抑制するため、寸法が高さ1.88 m、厚さ0.15 m、材料がジルコニア（ZrO₂）、個数が1個の設計とする。なお、コリウムシールドは、耐震性を有する設計とする。</p> <p>【66条4】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の 溶融炉心冷却機能</p> <p>別添2 コリウムシールド及びペDESTAL排水系の設計</p>	<p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.4 コリウムシールドの設計</p>
—	<p>原子炉格納容器安全設備のうち、代替淡水貯槽を水源とする原子炉格納容器安全設備のポンプは、代替淡水貯槽の圧力及び温度により、想定される最も小さい有効吸込水頭においても、正常に機能する能力を有する設計とする。</p> <p>【54条109】</p>	<p>V-1-8-4 圧力低減設備その他の安全設備のポンプの有効吸込水頭に関する説明書</p> <p>2.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの有効NPSH</p> <p>3.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの評価方針</p> <p>3.4.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの有効NPSH評価方法</p> <p>3.5.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの有効NPSH評価結果</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>(1) 設備共通の設計</p> <p>c. 圧力低減設備のポンプの有効吸込水頭に係る設計</p>
—	<p>(2) 可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプによるペDESTAL（ドライウェル部）への注水</p> <p>ペDESTAL（ドライウェル部）に落下した溶融炉心の冷却を行うための重大事故等対処設備として、格納容器下部注水系（可搬型）は、可搬型代替注水中型ポンプ（直列2台）により、西側淡水貯水設備の水を建屋内にあらかじめ敷設した格納容器下部注水系配管等を経由してペDESTAL（ドライウェル部）へ注水し、</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の 溶融炉心冷却機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・低圧代替注水系</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>溶融炉心が落下するまでにペDESTAL(ドライウエル部)にあらかじめ十分な水位を確保するとともに、落下した溶融炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>また、可搬型代替注水大型ポンプにより、代替淡水貯槽の水を建屋内にあらかじめ敷設した格納容器下部注水系配管等を経由してペDESTAL(ドライウエル部)へ注水し、溶融炉心が落下するまでにペDESTAL(ドライウエル部)にあらかじめ十分な水位を確保するとともに、落下した溶融炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>【66条7】</p>	別添2 コリウムシールド及びペDESTAL排水系の設計	<p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.4 コリウムシールドの設計</p>
—	<p>格納容器下部注水系(可搬型)は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。また、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。</p> <p>【66条8】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却機能</p> <p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設)</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(b) 低圧代替注水系への電源供給に関する設計</p>
—	<p>コリウムシールドは、溶融炉心がペDESTAL(ドライウエル部)へと落下した場合において、溶融炉心とペDESTAL(ドライウエル部)のコンクリートの相互作用による侵食及び溶融炉心からペDESTAL(ドライウエル部)のコンクリートへの熱影響を抑制するため、寸法が高さ1.88m、厚さ0.15m、材料がジルコニア(ZrO_2)、個数が1個の設計とする。なお、コリウムシールドは、耐震性を有する設計とする。</p> <p>【66条11】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却機能</p> <p>別添2 コリウムシールド及びペDESTAL排水系の設計</p>	<p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.4 コリウムシールドの設計</p>
—	<p>原子炉格納容器安全設備のうち、代替淡水貯槽、西側淡水貯水設備、SA用海水ピットを水源とする原子炉格納容器安全設備のポンプは、代替淡水貯槽、西側淡水貯水設備、SA用海水ピットの圧力及び温度により、想定される最も</p>	<p>V-1-8-4 圧力低減設備その他の安全設備のポンプの有効吸込水頭に関する説明書</p> <p>2.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの有効NPSH</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>(1) 設備共通の設計</p> <p>c. 圧力低減設備のポンプの有効吸込水頭に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>小さい有効吸込水頭においても、正常に機能する能力を有する設計とする。</p> <p>【54条109】</p>	<p>3.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの評価方針</p> <p>3.4.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの有効NPSH評価方法</p> <p>3.5.2 サプレッション・プールを除くタンク等を水源とするポンプの有効NPSH評価結果</p>	
—	<p>(3) 多重性又は多様性及び独立性、位置的分散 格納容器下部注水系（常設）及び格納容器下部注水系（可搬型）は、共通要因によって同時に機能を損なわないよう、格納容器下部注水系（常設）の常設低圧代替注水系ポンプを代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電による電動機駆動とし、格納容器下部注水系（可搬型）の可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプを空冷式のディーゼルエンジンによる駆動とすることで、多様性を有する設計とする。</p> <p>格納容器下部注水系（常設）の電動弁は、ハンドルを設けて手動操作を可能とすることで、常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電による遠隔操作に対して多様性を有する設計とする。また、格納容器下部注水系（常設）の電動弁は、代替所内電気設備を経由して給電する系統において、独立した電路で系統構成することにより、独立性を有する設計とする。</p> <p>また、格納容器下部注水系（可搬型）の可搬型代替注水中型ポンプは、西側淡水貯水設備を水源とすることで、代替淡水貯槽を水源とする格納容器下部注水系（常設）に対して、異なる水源を有する設計とする。</p> <p>常設低圧代替注水系ポンプは、常設低圧代替注水系格納槽内に設置し、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは常設低圧代替注水系格納槽から離れた屋外に分散して保管することで、共通要因によって同時に</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>機能を損なわないよう位置的分散を図る設計とする。</p> <p>格納容器下部注水系（可搬型）の電動弁は、ハンドルを設けて手動操作を可能とすることで、常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電による遠隔操作に対して多様性を有する設計とする。また、格納容器下部注水系（可搬型）の電動弁は、代替所内電気設備を経由して給電する系統において、独立した電路で系統構成することにより、独立性を有する設計とする。</p> <p>可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプの接続口は、共通要因によって接続できなくなることを防止するため、位置的分散を図った複数箇所に設置する設計とする。</p> <p>これらの多様性及び系統の独立性並びに位置的分散によって、格納容器下部注水系（常設）及び格納容器下部注水系（可搬型）は、互いに重大事故等対処設備としての独立性を有する設計とする。</p> <p>【66条41】</p>		
—	<p>3.2.7 ペDESTAL排水系</p> <p>炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉格納容器の破損を防止するため、溶融し、ペDESTAL（ドライウエル部）に落下した炉心を冷却するために必要な重大事故等対処設備として、ペDESTAL排水系を設ける設計とする。</p> <p>【66条42】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却機能</p> <p>別添2 コリウムシールド及びペDESTAL排水系の設計</p>	<p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.4 コリウムシールドの設計</p> <p>V-1-10-6「放射性廃棄物の廃棄施設」の様式-1</p> <p>3. 格納容器機器ドレンサンブ及び格納容器床ドレンサンブに関する設計</p>
—	<p>ペDESTAL排水系は、ドライウエル圧力高信号及び原子炉水位異常低下信号（レベル1）により、ペDESTAL（ドライウエル部）内へ流入する配管に対してペDESTAL（ドライウエル部）外側に設置した制限弁を自動閉止し、ペDESTAL（ドライウエル部）への流入水を制限するとともに、格納容器床ドレンサンブ内に流入した水を格納容器床ドレンサンブ導入管より</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却機能</p> <p>別添2 コリウムシールド及びペDESTAL排水系の設計</p>	<p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.4 コリウムシールドの設計</p> <p>V-1-10-6「放射性廃棄物の廃棄施設」の様式-1</p> <p>3. 格納容器機器ドレンサンブ及び格納容器床ドレンサンブに関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>流出させ、格納容器床ドレンサンプスリット及び排水配管を經由してサプレッション・チェンバへ排水することにより、必要な水位を維持できる設計とする。また、ペDESTAL（ドライウエル部）内の水位が1.2 mを超えた場合には、格納容器床ドレンサンプ導入管と併せて格納容器機器ドレンサンプ導入管より流出させ、格納容器機器ドレンサンプスリット及び排水配管を經由してサプレッション・チェンバへ排水することができる設計とする。</p> <p>【66条43】</p>		
—	<p>格納容器床ドレンサンプ導入管は、ペDESTAL（ドライウエル部）内の水位を常時1 mに維持するため、格納容器床ドレンサンプ底部から高さが1 mの設計とする。また、格納容器機器ドレンサンプ導入管は、ペDESTAL（ドライウエル部）内の水位が1.2 m以上であるときに、格納容器床ドレンサンプ導入管と併せてペDESTAL（ドライウエル部）より排水するため、格納容器床ドレンサンプ底部から高さが1.2 mの設計とする。</p> <p>格納容器床ドレンサンプ導入管及び格納容器機器ドレンサンプ導入管は、サイフォン効果を除去し、意図した水位で排水を停止するため、頂部付近に空気抜き孔を有する設計とする。</p> <p>【66条44】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却機能</p> <p>別添2 コリウムシールド及びペDESTAL排水系の設計</p>	<p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.4 コリウムシールドの設計</p> <p>V-1-10-6「放射性廃棄物の廃棄施設」の様式-1</p> <p>3. 格納容器機器ドレンサンプ及び格納容器床ドレンサンプに関する設計</p>
—	<p>原子炉圧力容器破損前までに想定される落下物により、格納容器床ドレンサンプ導入管及び格納容器機器ドレンサンプ導入管が損傷することを防止するため、格納容器床ドレンサンプ導入管カバー及び格納容器機器ドレンサンプ導入管カバーを設ける設計とする。また、格納容器床ドレンサンプ導入管カバー及び格納容器機器ドレンサンプ導入管カバーは、異物による排水機能への悪影響を防止するため、異物混入防止機能を有する設計とする。</p> <p>【66条45】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却機能</p> <p>別添2 コリウムシールド及びペDESTAL排水系の設計</p>	<p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.4 コリウムシールドの設計</p> <p>V-1-10-6「放射性廃棄物の廃棄施設」の様式-1</p> <p>3. 格納容器機器ドレンサンプ及び格納容器床ドレンサンプに関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>原子炉圧力容器破損時にペDESTAL(ドライウエル部)に落下したデブリが、格納容器床ドレンサンプ及び格納容器機器ドレンサンプの排水流路を通じてサブプレッション・チェンバへ移行することを防止するため、格納容器床ドレンサンプスリット及び格納容器機器ドレンサンプスリット(高さ□mm,幅□mm,厚さ□mm,材料 ステンレス鋼)は、流入したデブリの冷却及び凝固停止を促進する設計とする。</p> <p>【66条45-1】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却機能</p> <p>別添2 コリウムシールド及びペDESTAL排水系の設計</p>	<p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.4 コリウムシールドの設計</p> <p>V-1-10-6「放射性廃棄物の廃棄施設」の様式-1</p> <p>3. 格納容器機器ドレンサンプ及び格納容器床ドレンサンプに関する設計</p>
—	<p>原子炉圧力容器破損後のペDESTAL水のサブプレッション・チェンバへの流出を防止するため、ベント管に接続する格納容器床ドレン排水弁及び格納容器機器ドレン排水弁は、原子炉圧力容器破損前のペDESTAL(ドライウエル部)への注水により一旦水位を上昇させ、その後の排水によりペDESTAL(ドライウエル部)の水位が1mまで低下する時間を考慮し、自動閉止する設計とする。</p> <p>【66条45-2】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却機能</p> <p>別添2 コリウムシールド及びペDESTAL排水系の設計</p>	<p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.4 コリウムシールドの設計</p> <p>V-1-10-6「放射性廃棄物の廃棄施設」の様式-1</p> <p>3. 格納容器機器ドレンサンプ及び格納容器床ドレンサンプに関する設計</p>
—	<p>自主対策設備であるペDESTAL排水系に設置する安全弁は、排水流路の上部から分岐した配管に設置することにより、排水性に悪影響を及ぼさない設計とする。また、安全弁はペDESTAL排水系と同等の設計とし、ペDESTAL排水系に対して悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【66条46】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却機能</p> <p>別添2 コリウムシールド及びペDESTAL排水系の設計</p>	<p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.4 コリウムシールドの設計</p> <p>V-1-10-6「放射性廃棄物の廃棄施設」の様式-1</p> <p>3. 格納容器機器ドレンサンプ及び格納容器床ドレンサンプに関する設計</p>
—	<p>3.2.8 高圧代替注水系</p> <p>炉心の著しい損傷が発生した場合に溶融炉心のペDESTAL(ドライウエル部)の床面への落下を遅延・防止するための重大事故等対処設備として、高圧代替注水系を設ける設計とする。なお、この場合は、ほう酸水注入系による原子炉圧力容器へのほう酸水注入と並行して行う。</p> <p>【66条25】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備・高圧炉心スプレイ系</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>高圧代替注水系は、蒸気タービン駆動ポンプによりサプレッション・チェンバのプール水を高圧炉心スプレイ系等を経由して、原子炉圧力容器へ注水することで溶融炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>【66条26】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明(原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却機能</p>	<p>・高圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・高圧炉心スプレイ系</p> <p>・高圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>高圧代替注水系は、常設代替交流電源設備、可搬型代替交流電源設備、常設代替直流電源設備又は可搬型代替直流電源設備からの給電が可能な設計とし、中央制御室からの操作が可能な設計とする。</p> <p>【66条27】</p>	<p>第1-4-1 図 単線結線図(1/5)</p> <p>第1-4-2 図 単線結線図(2/5)</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・高圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(c) 高圧代替注水系への電源供給に関する設計</p>
—	<p>高圧代替注水系の流路として、設計基準対象施設である原子炉圧力容器及び炉心支持構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【66条28】</p>	<p>V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉本体)</p> <p>V-3-3-1 原子炉圧力容器の強度計算書</p> <p>V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・高圧代替注水系</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—			18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 (1) 設備共通の設計
—	3.2.9 低圧代替注水系 (1) 低圧代替注水系（常設）による原子炉注水炉心の著しい損傷が発生した場合に熔融炉心のペDESTAL（ドライウエル部）の床面への落下を遅延・防止するための重大事故等対処設備として、低圧代替注水系（常設）を設ける設計とする。なお、この場合は、ほう酸水注入系による原子炉圧力容器へのほう酸水注入と並行して行う。 【66条14】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設） V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の熔融炉心冷却機能	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	低圧代替注水系（常設）は、常設低圧代替注水系ポンプにより、代替淡水貯槽の水を残留熱除去系等を経由して原子炉圧力容器へ注水することで熔融炉心を冷却できる設計とする。 【66条15】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設） V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の熔融炉心冷却機能	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	低圧代替注水系（常設）は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。 【66条16】	V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.5 各機器固有の設計 (2) その他各設備固有の設計 c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 (b) 低圧代替注水系への電源供給に関する設計
—	低圧代替注水系（常設）の流路として、設計基準対象施設である原子炉圧力容器、炉心支持構造物及び原子炉圧力容器内部構造物を重大	V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉本体）	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【66条17】</p>	<p>V-3-3-3 原子炉压力容器内部構造物の強度計算書</p> <p>V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添7 原子炉压力容器内部構造物の強度計算書</p>	<p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(1) 設備共通の設計</p>
—	<p>(2) 低圧代替注水系(可搬型)による原子炉注水炉心の著しい損傷が発生した場合に熔融炉心のペDESTAL(ドライウェル部)の床面への落下を遅延・防止するための重大事故等対処設備として、低圧代替注水系(可搬型)を設ける設計とする。なお、この場合は、ほう酸水注入系による原子炉压力容器へのほう酸水注入と並行して行う。</p> <p>【66条18】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の熔融炉心冷却機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>低圧代替注水系(可搬型)は、可搬型代替注水中型ポンプ(直列2台)により西側淡水貯水設備の水を、可搬型代替注水大型ポンプにより代替淡水貯槽の水を低圧炉心スプレイ系又は残留熱除去系等を経由して原子炉压力容器に注水することで熔融炉心を冷却できる設計とする。</p> <p>【66条19】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.5 重大事故等時における原子炉格納容器下部の熔融炉心冷却機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備・低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>低圧代替注水系(可搬型)は、代替所内電気設備を経由した常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【66条20】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.3 重大事故等時における原子炉格納容器冷却機能</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.5 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>(b) 低圧代替注水系への電源供給に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。 【66条21】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	低圧代替注水系(可搬型)の流路として、設計基準対象施設である原子炉压力容器、炉心支持構造物及び原子炉压力容器内部構造物を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。 【66条24】	V-1-1-4-1 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉本体) V-3-3-3 原子炉压力容器内部構造物の強度計算書 V-3-別添6 炉心支持構造物の強度に関する説明書 V-3-別添7 原子炉压力容器内部構造物の強度計算書	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 (1) 設備共通の設計
—	3.2.10 原子炉建屋放水設備 (1) 大気への拡散抑制及び航空機燃料火災対応 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損に至った場合において、発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための重大事故等対処設備及び原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災に対応できる設備として、原子炉建屋放水設備を設ける設計とする。 【70条1】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設) V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設) V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.8 原子炉格納容器外面への放水設備等	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③原子炉格納容器安全設備 ・ 原子炉建屋放水設備 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計
—	大気への放射性物質の拡散を抑制するための重大事故等対処設備として、原子炉建屋放水設備は、可搬型代替注水大型ポンプにより海水を取水し、ホース等を経由して放水砲から原子炉建屋へ放水できる設計とする。 可搬型代替注水大型ポンプ及び放水砲は、設置場所を任意に設定し、複数の方向から原子炉建屋に向けて放水できる設計とする。 【70条2】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設) V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設) V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.8 原子炉格納容器外面への放水設備等	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ③原子炉格納容器安全設備 ・ 原子炉建屋放水設備 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災に対応するための重大事故等対処設備として、原子炉建屋放水設備は、可搬型代替注水大型ポンプにより泡混合器を通して、海水を泡消火薬剤と混合しながらホース等を経由して放水砲から原子炉建屋周辺へ放水できる設計とする。</p> <p>【70条7】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書 (別添)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.8 原子炉格納容器外面への放水設備等</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③原子炉格納容器安全設備</p> <p>・原子炉建屋放水設備</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>泡消火薬剤容器(大型ポンプ用)は、航空機燃料火災への泡消火に対応するために必要な容量の泡消火薬剤を保管できる設計とする。泡消火薬剤の保有数は、必要な容量として5 m³確保し、故障時の予備用として5 m³の計10 m³を保管する。なお、泡消火薬剤容器(大型ポンプ用)の容量は1 m³/個であり、確保された泡消火薬剤5 m³を1 m³毎に分け5個、予備用の泡消火薬剤5 m³を1 m³毎に分け5個の計10個を保管する。</p> <p>【70条8】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書 (別添)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.8 原子炉格納容器外面への放水設備等</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③原子炉格納容器安全設備</p> <p>・原子炉建屋放水設備</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>泡混合器は、航空機燃料火災に対応するため、可搬型代替注水大型ポンプ、放水砲及び泡消火薬剤容器(大型ポンプ用)に接続することで、泡消火薬剤を混合して放水できる設計とする。また、泡混合器の保有数は、航空機燃料火災に対応するため、1個と故障時の予備として1個の合計2個を保管する。</p> <p>【70条9】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書 (別添)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.8 原子炉格納容器外面への放水設備等</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③原子炉格納容器安全設備</p> <p>・原子炉建屋放水設備</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>(2) 海洋への拡散抑制</p> <p>炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損に至った場合において、発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための重大事故等対処設備として、海洋拡散抑制設備を設ける設計とする。</p>	<p>V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書 (別添)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.8 原子炉格納容器外面への放水設備等</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑦汚濁防止膜(可搬型)</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	【70条1】		2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計
—	<p>海洋への放射性物質の拡散を抑制するための重大事故等対処設備として、海洋拡散抑制設備は、汚濁防止膜等で構成し、汚濁防止膜（可搬型）は、汚染水が発電所から海洋に流出する12箇所（雨水排水路集水榭9箇所及び放水路3箇所）に設置できる設計とする。</p> <p>【70条5】</p>	<p>V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書（別添）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.8 原子炉格納容器外面への放水設備等</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑦汚濁防止膜（可搬型）</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>汚濁防止膜（可搬型）は、海洋への放射性物質の拡散を抑制するため、設置場所に応じた高さ及び幅を有する設計とする。必要数は、各設置場所に必要な幅に対して汚濁防止膜を二重に計2本設置することとし、雨水排水路集水榭9箇所の設置場所に計18本（高さ約3m、幅約3m（12本）、高さ約2m、幅約3m（6本））及び放水路3箇所の設置場所に計6本（高さ約4m、幅約4m（6本））の合計24本使用する設計とする。また、予備については、保守点検は目視点検であり、保守点検中でも使用可能であるため、保守点検用は考慮せずに、破れ等の破損時の予備用として各設置場所に対して2本の計24本を保管することとし、予備を含めた保有数として設置場所12箇所分の合計48本を保管する。</p> <p>【70条6】</p>	<p>V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書（別添）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.8 原子炉格納容器外面への放水設備等</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑦汚濁防止膜（可搬型）</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
<p>3.3 放射性物質濃度制御設備</p> <p>原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障の際に原子炉格納容器から気体状の放射性物質が漏えいすることによる敷地境界外の実効線量が「発電用軽水型原子炉施設の安全評価に関する審査指針（平成2年8月30日原子力安全委員会）」に規定する線量を超えないよう、当該放射性物質の濃度を低減する設備として原子炉建屋ガス処理系を設置する。</p>	<p>3.3 放射性物質濃度制御設備</p> <p>原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊又は故障の際に原子炉格納容器から気体状の放射性物質が漏えいすることによる敷地境界外の実効線量が「発電用軽水型原子炉施設の安全評価に関する審査指針（平成2年8月30日原子力安全委員会）」に規定する線量を超えないよう、当該放射性物質の濃度を低減する設備として原子炉建屋ガス処理系を設置する。</p> <p>【44条20】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>3.3.1 原子炉建屋ガス処理系</p> <p>原子炉建屋ガス処理系は非常用ガス再循環系及び非常用ガス処理系から構成される。非常用ガス処理系は、電気加熱器、粒子用高効率フィルタ、よう素用チャコールフィルタ等を含む非常用ガス処理系フィルタトレイン及び非常用ガス処理系排風機等から構成され、非常用ガス再循環系は、湿分除去装置、電気加熱器、前置フィルタ、粒子用高効率フィルタ、よう素用チャコールフィルタ等を含む非常用ガス再循環系フィルタトレイン及び非常用ガス再循環系排風機等から構成される。放射性物質の放出を伴う設計基準事故時には非常用ガス処理系で原子炉建屋原子炉棟内を水柱約6mmの負圧に保ちながら、原子炉格納容器から漏えいした放射性物質を非常用ガス再循環系により除去するとともに、非常用ガス処理系を通して、更に放射性物質を除去・低減した後、非常用ガス処理系排気筒より放出できる設計とする。</p>	<p>3.3.1 原子炉建屋ガス処理系</p> <p>原子炉建屋ガス処理系は非常用ガス再循環系及び非常用ガス処理系から構成される。非常用ガス処理系は、電気加熱器、粒子用高効率フィルタ、よう素用チャコールフィルタ等を含む非常用ガス処理系フィルタトレイン及び非常用ガス処理系排風機等から構成され、非常用ガス再循環系は、湿分除去装置、電気加熱器、前置フィルタ、粒子用高効率フィルタ、よう素用チャコールフィルタ等を含む非常用ガス再循環系フィルタトレイン及び非常用ガス再循環系排風機等から構成される。放射性物質の放出を伴う設計基準事故時には非常用ガス処理系で原子炉建屋原子炉棟内を水柱約6mmの負圧に保ちながら、原子炉格納容器から漏えいした放射性物質を非常用ガス再循環系により除去するとともに、非常用ガス処理系を通して、更に放射性物質を除去・低減した後、非常用ガス処理系排気筒より放出できる設計とする。</p> <p>【43条8】</p>	<p>原子炉格納施設 要目表</p> <p>原子炉格納施設に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>8.3.5 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>構造図</p> <p>8.3.5.2 原子炉建屋ガス処理系 非常用ガス処理系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.2 非常用ガス処理系排風機的设计</p>
<p>原子炉建屋ガス処理系は、非常用ガス処理系及び非常用ガス再循環系から構成し、原子炉冷却材喪失事故時に想定する原子炉格納容器からの漏えい気体中に含まれるよう素を除去し、環境に放出される放射性物質の濃度を減少させる設計とする。</p>	<p>原子炉建屋ガス処理系は、非常用ガス処理系及び非常用ガス再循環系から構成し、原子炉冷却材喪失事故時に想定する原子炉格納容器からの漏えい気体中に含まれるよう素を除去し、環境に放出される放射性物質の濃度を減少させる設計とする。</p> <p>【44条23】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>原子炉格納施設 要目表</p> <p>原子炉格納施設に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>8.3.5 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>構造図</p> <p>8.3.5.2 原子炉建屋ガス処理系 非常用ガス処理系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.2 非常用ガス処理系排風機的设计</p>
<p>原子炉建屋ガス処理系を構成する非常用ガス処理系及び非常用ガス再循環系のうち、非常用ガス処理系フィルタトレイン及び非常用ガス再循環系フィルタトレインのよう素除去効率及びガス処理設備の処理容量は、設置(変更)許可を受けた設計基準事故の評価の条件を満足する設計とする。</p>	<p>原子炉建屋ガス処理系を構成する非常用ガス処理系及び非常用ガス再循環系のうち、非常用ガス処理系フィルタトレイン及び非常用ガス再循環系フィルタトレインのよう素除去効率及びガス処理設備の処理容量は、設置(変更)許可を受けた設計基準事故の評価の条件を満足する設計とする。</p> <p>【44条26】</p>	<p>—</p>	<p>—</p> <p>(追加要求事項なし)</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>新燃料貯蔵庫及び使用済燃料プールは、燃料体等の落下により燃料体等が破損して放射性物質の放出により公衆に放射線障害を及ぼすおそれがある場合において、放射性物質による敷地外への影響を低減するため、原子炉建屋ガス処理系により放射性物質の放出を低減できる設計とする。</p>	<p>新燃料貯蔵庫及び使用済燃料プールは、燃料体等の落下により燃料体等が破損して放射性物質の放出により公衆に放射線障害を及ぼすおそれがある場合において、放射性物質による敷地外への影響を低減するため、原子炉建屋ガス処理系により放射性物質の放出を低減できる設計とする。</p> <p>【26条51】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>原子炉格納施設 要目表</p> <p>原子炉格納施設に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>8.3.5 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>構造図</p> <p>8.3.5.2 原子炉建屋ガス処理系 非常用ガス処理系</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.2 非常用ガス処理系排風機の設計</p>
<p>—</p>	<p>重要度が特に高い安全機能を有する系統において、設計基準事故が発生した場合に長期間にわたって機能が要求される静的機器のうち、単一設計とする原子炉建屋ガス処理系の配管の一部については、当該設備に要求される原子炉格納容器内又は放射性物質が原子炉格納容器内から漏れ出た場所の雰囲気中の放射性物質の濃度低減機能が喪失する単一故障のうち、想定される最も過酷な条件として、配管の全周破断を想定しても、単一故障による放射線物質の放出に伴う被ばくの影響を最小限に抑えるよう、安全上支障のない期間に単一故障を確実に除去又は修復できる設計とし、その単一故障を仮定しない。</p> <p>【14条5】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.1 放射性物質濃度低減設備の単一故障に係る設備</p>
<p>—</p>	<p>想定される単一故障の発生に伴う周辺公衆に対する放射線被ばくは、保守的に単一故障を除去又は修復ができない場合で評価し、安全評価指針に示された設計基準事故時の判断基準を下回ることを確認する。また、単一故障の除去又は修復のための作業期間として想定する屋外の場合4日間、屋内の場合2日間を考慮し、修復作業に係る従事者の被ばく線量は緊急時作業に係る線量限度に照らしても十分小さくする設計とする。</p> <p>【14条6】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.1 放射性物質濃度低減設備の単一故障に係る設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>単一設計とする箇所の設計に当たっては、想定される単一故障の除去又は修復のためのアクセスが可能であり、かつ、補修作業が容易となる設計とする。</p> <p>【14条7】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.1 放射性物質濃度低減設備の単一故障に係る設備</p>
—	<p>炉心の著しい損傷が発生した場合に、原子炉建屋ガス処理系は、非常用ガス再循環系排風機及び非常用ガス処理系排風機により原子炉建屋原子炉棟を負圧に維持するとともに、原子炉格納容器から原子炉建屋原子炉棟に漏えいした放射性物質を含む気体を非常用ガス処理系排気筒から排気し、原子炉格納容器から漏えいした空気中の放射性物質の濃度を低減させることで、中央制御室にとどまる運転員を過度の被ばくから防護する設計とする。</p> <p>【74条20】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>4. 中央制御室の居住性評価</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>2.2.1 原子炉建屋ガス処理系</p> <p>4.2.1 原子炉建屋ガス処理系</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>・原子炉建屋ガス処理系</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計</p> <p>3.3 原子炉建屋等の損傷を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
—	<p>炉心の著しい損傷が発生し、原子炉建屋ガス処理系を起動する際に、原子炉建屋外側ブローアウトパネルを閉止する必要がある場合には、中央制御室からブローアウトパネル閉止装置（個数10）を操作し、容易かつ確実に開口部を閉止できる設計とする。また、ブローアウトパネル閉止装置は現場においても、人力により操作できる設計とする。</p> <p>【74条21】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>別添-4 ブローアウトパネル関連設備の設計方針</p> <p>V-1-7-3 中央制御室の居住性に関する説明書</p> <p>2.1 基本方針</p> <p>4. 中央制御室の居住性評価</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>・原子炉建屋ガス処理系</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>4. その他原子炉格納施設に係る設計</p> <p>4.3 ブローアウトパネル閉止装置の設計</p>
—	<p>原子炉建屋ガス処理系は、非常用交流電源設備に加えて、常設代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。また、ブローアウトパネル閉止装置は、常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【74条23】</p>	<p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>2.2.1 原子炉建屋ガス処理系</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉建屋ガス処理系</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>原子炉建屋ガス処理系の流路として、設計基準対象施設である非常用ガス再循環系フィルタトレイン、非常用ガス処理系フィルタトレイン及び非常用ガス処理系排気筒を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【74条25】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>2.2.1 原子炉建屋ガス処理系</p> <p>4.2.1 原子炉建屋ガス処理系</p> <p>V-3-9-2 圧力低減設備その他の安全設備の強度計算書</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>・原子炉建屋ガス処理系</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>(1) 設備共通の設計</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計</p> <p>3.3 原子炉建屋等の損傷を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
—	<p>炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉建屋等の水素爆発による損傷を防止するために原子炉格納容器から原子炉建屋原子炉棟内に漏えいした水素等を含む気体を排出するとともに、放射性物質を低減するための重大事故等対処設備として、水素排出設備である原子炉建屋ガス処理系を設ける設計とする。</p> <p>【68条1】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>2.2.1 原子炉建屋ガス処理系</p> <p>4.2.1 原子炉建屋ガス処理系</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>・原子炉建屋ガス処理系</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計可燃性ガス濃度制御系</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計</p> <p>3.3 原子炉建屋等の損傷を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
—	<p>水素排出設備である原子炉建屋ガス処理系の非常用ガス処理系排風機及び非常用ガス再循環系排風機は、負圧達成機能及び負圧維持機能をもち、原子炉格納容器から原子炉建屋原子炉棟内に漏えいする水素等を含む気体を吸引し、非常用ガス処理系フィルタトレイン及び非常用ガス再循環系フィルタトレインにて放射性物質を低減して主排気筒に隣接する非常用ガス処理系排気筒から排出することで、原子炉建屋原子炉棟内に水素が滞留せず、水素爆発に</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>2.2.1 原子炉建屋ガス処理系</p> <p>4.2.1 原子炉建屋ガス処理系</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>・原子炉建屋ガス処理系</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>よる原子炉建屋原子炉棟の損傷の防止が可能な設計とする。</p> <p>【68条2】</p>		<p>3. 原子炉格納施設の設計</p> <p>3.3 原子炉建屋等の損傷を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
—	<p>原子炉建屋ガス処理系は、原子炉格納容器が健全である場合、水素排出設備として十分な性能を有しているものの、原子炉格納容器から異常な漏えいが発生し、原子炉建屋ガス処理系の水素排出能力を超える場合には、原子炉建屋の水素濃度が上昇し、原子炉建屋ガス処理系系統内で水素濃度が可燃限界に達するおそれがあることから、原子炉建屋原子炉棟内の水素濃度が規定値に達した場合には、非常用ガス処理系排風機及び非常用ガス再循環系排風機を停止することで、動的機器を含む系統内での水素爆発を防止する設計とする。</p> <p>【68条3】</p>	<p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>2.2.1 原子炉建屋ガス処理系</p> <p>4.2.1 原子炉建屋ガス処理系</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>・原子炉建屋ガス処理系</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計</p> <p>3.3 原子炉建屋等の損傷を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
—	<p>非常用ガス処理系排風機及び非常用ガス再循環系排風機は、非常用交流電源設備に加えて、常設代替交流電源設備からの給電が可能な設計とする。</p> <p>【68条5】</p>	<p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>2.2.1 原子炉建屋ガス処理系</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>a. 原子炉建屋ガス処理系</p>
—	<p>水素排出設備である原子炉建屋ガス処理系の流路として、設計基準対象施設である非常用ガス処理系排気筒を重大事故等対処設備として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。</p> <p>【68条6】</p>	<p>V-1-1-4-5 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(放射性廃棄物の廃棄施設)</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④ 放射性物質濃度制御設備及び可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備</p> <p>・原子炉建屋ガス処理系</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
<p>3.4 可燃性ガス濃度制御設備</p> <p>3.4.1 可燃性ガス濃度制御系</p> <p>原子炉冷却材喪失事故時に原子炉格納容器内で発生する水素及び酸素の反応を防止するため、可燃性ガス濃度制御系を設け、不活性ガス系により原子炉格納容器内に窒素を充てん</p>	<p>3.4 可燃性ガス濃度制御設備</p> <p>3.4.1 可燃性ガス濃度制御系</p> <p>原子炉冷却材喪失事故時に原子炉格納容器内で発生する水素及び酸素の反応を防止するため、可燃性ガス濃度制御系を設け、不活性ガス系により原子炉格納容器内に窒素を充てん</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>することとあいまって、可燃限界に達しないための制限値である水素濃度4 vol%未満又は酸素濃度5 vol%未満に維持できる設計とする。</p>	<p>することとあいまって、可燃限界に達しないための制限値である水素濃度4 vol%未満又は酸素濃度5 vol%未満に維持できる設計とする。</p> <p>【44条18】</p>		
—	<p>3.4.2 水素濃度抑制系</p> <p>炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉建屋等の水素爆発による損傷を防止するために原子炉建屋原子炉棟内の水素濃度上昇を抑制し、水素濃度を可燃限界未満に制御するための重大事故等対処設備として、水素濃度制御設備である静的触媒式水素再結合器を設ける設計とする。</p> <p>【68条1】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>2.2.2 静的触媒式水素再結合器</p> <p>4.2.2 静的触媒式水素再結合器</p>	<p>3. 原子炉格納施設の設計</p> <p>3.3 原子炉建屋等の損傷を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
—	<p>水素濃度制御設備である静的触媒式水素再結合器は、運転員の起動操作を必要とせず、原子炉格納容器から原子炉建屋原子炉棟内に漏えいした水素と酸素を触媒反応によって再結合させることで、原子炉建屋原子炉棟内の水素濃度の上昇を抑制し、原子炉建屋原子炉棟の水素爆発を防止できる設計とする。また評価に用いる性能を満足し、試験により性能及び耐環境性が確認された型式品を設置する設計とする。静的触媒式水素再結合器は、原子炉建屋原子炉棟内に漏えいした水素が滞留すると想定される原子炉建屋原子炉棟6階に設置することとし、静的触媒式水素再結合器の触媒反応時の高温ガスの排出が重大事故等時の対処に重要な計器・機器に悪影響がないよう離隔距離を設ける設計とする。</p> <p>【68条8】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>2.2.2 静的触媒式水素再結合器</p> <p>4.2.2 静的触媒式水素再結合器</p>	<p>3. 原子炉格納施設の設計</p> <p>3.3 原子炉建屋等の損傷を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
—	<p>3.4.3 窒素ガス代替注入系</p> <p>窒素ガス代替注入系は、可燃性ガスによる爆発及び原子炉格納容器の負圧破損を防止するために、窒素供給装置及び窒素供給装置用電源車を用いて原子炉格納容器内に不活性ガス(窒素)の供給が可能な設計とする。また、格納容器圧力逃がし装置は、排気中に含まれる可燃性</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>ガスによる爆発を防ぐため、窒素ガス代替注入系により、系統内を不活性ガス（窒素）で置換した状態で待機させ、不活性ガスで置換できる設計とする。</p> <p>【63条8】【63条11】【65条17】【65条20】【67条10】</p>	<p>3.2.6 重大事故等時における水素爆発による原子炉格納容器の破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書 2.1.2 窒素供給装置 4.1.2 窒素供給装置</p>	<p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計 3.2 原子炉格納容器の破損を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
—	<p>炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉格納容器内における水素爆発による破損を防止するために必要な重大事故等対処設備のうち、原子炉格納容器内を不活性化するための設備として、窒素供給装置を設ける設計とする。</p> <p>【67条1】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能 3.2.6 重大事故等時における水素爆発による原子炉格納容器の破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書 2.1.2 窒素供給装置 4.1.2 窒素供給装置</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計 3.2 原子炉格納容器の破損を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
—	<p>窒素供給装置は、窒素供給装置用電源車から給電できる設計とし、原子炉格納容器内に窒素を供給することで、ジルコニウム-水反応及び水の放射線分解等により原子炉格納容器内に発生する水素及び酸素の濃度を可燃限界未満にできる設計とする。</p> <p>【67条5】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.6 重大事故等時における水素爆発による原子炉格納容器の破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書 2.1.2 窒素供給装置 4.1.2 窒素供給装置</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計 3.2 原子炉格納容器の破損を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
3.5 原子炉格納容器調気設備 3.5.1 不活性ガス系	3.5 原子炉格納容器調気設備 3.5.1 不活性ガス系	原子炉格納施設 要目表	(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計) 2. 原子炉格納施設の兼用する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
不活性ガス系は、水素及び酸素の反応を防止するため、あらかじめ原子炉格納容器内に窒素を充てんすることにより、水素濃度及び酸素濃度を可燃限界未満に保つ設計とする。	不活性ガス系は、水素及び酸素の反応を防止するため、あらかじめ原子炉格納容器内に窒素を充てんすることにより、水素濃度及び酸素濃度を可燃限界未満に保つ設計とする。 【44条19】	原子炉格納施設に係る機器の配置を明示した図面 8.3.6 原子炉格納容器調気設備 構造図 8.3.6.1 不活性ガス系	2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑤ 原子炉格納容器調気設備 ・不活性ガス系 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計
—	炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉格納容器内における水素爆発による破損を防止できるように、発電用原子炉の運転中は、原子炉格納容器内を不活性ガス系により常時不活性化する設計とする。 【67条4】	V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設） V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書 2.1.2 窒素供給装置 4.1.2 窒素供給装置	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑤ 原子炉格納容器調気設備 ・不活性ガス系 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計 3. 原子炉格納施設の設計 3.2 原子炉格納容器の破損を防止するための水素濃度低減設備の設計
—	3.6 圧力逃がし装置 3.6.1 格納容器圧力逃がし装置 (1) 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器の過圧破損防止 炉心の著しい損傷が発生した場合において、原子炉格納容器の過圧による破損を防止するために必要な重大事故等対処設備のうち、原子炉格納容器内の圧力を大気中に逃がすための設備として、格納容器圧力逃がし装置を設ける設計とする。 【65条13】	V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設） V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計 V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書 2.1.2 窒素供給装置 4.1.2 窒素供給装置	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計
—	格納容器圧力逃がし装置は、フィルタ装置（フィルタ容器、スクラビング水、金属フィルタ、よう素除去部）、圧力開放板、配管・弁類、計測制御装置等で構成し、原子炉格納容器内雰囲気ガスを不活性ガス系及び耐圧強化ベント	V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設） V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>系を經由して、フィルタ装置へ導き、放射性物質を低減させた後に原子炉建屋原子炉棟屋上に設ける放出口から排出（系統設計流量 13.4 kg/s (1 Pd において)) することで、排気中に含まれる放射性物質の環境への放出量を低減しつつ、原子炉格納容器内の圧力及び温度を低下できる設計とする。</p> <p>【65条14】</p>	<p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>⑥ 圧力逃がし装置</p> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器圧力逃がし装置 <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>フィルタ装置は、排気中に含まれる粒子状放射性物質、ガス状の無機よう素及び有機よう素を除去できる設計とする。また、無機よう素をスクラビング水中に捕集・保持するためにアルカリ性の状態（待機状態において pH13 以上）に維持する設計とする。</p> <p>【65条15】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 圧力逃がし装置</p> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器圧力逃がし装置 <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>格納容器圧力逃がし装置はサブプレッション・チェンバ及びドライウェルと接続し、いずれからも排気できる設計とする。サブプレッション・チェンバ側からの排気ではサブプレッション・チェンバの水面からの高さを確保し、ドライウェル側からの排気では、ドライウェル床面からの高さを確保する設計とするとともに燃料有効長頂部よりも高い位置に接続箇所を設けることで長期的にも熔融炉心及び水没の悪影響を受けない設計とする。</p> <p>【65条16】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 圧力逃がし装置</p> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器圧力逃がし装置 <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>格納容器圧力逃がし装置は、排気中に含まれる可燃性ガスによる爆発を防ぐため、窒素ガス代替注入系により、系統内を不活性ガス（窒素）で置換した状態で待機させ、不活性ガスで置換できる設計とするとともに、系統内に可燃性ガスが蓄積する可能性のある箇所にはベントラインを設け、可燃性ガスを排出できる設計とすることで、系統内で水素濃度及び酸素濃度が可燃領域に達することを防止できる設計とする。</p> <p>【65条17】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 圧力逃がし装置</p> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器圧力逃がし装置 <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>格納容器圧力逃がし装置は、他の発電用原子炉施設とは共用しない設計とする。また、格納容器圧力逃がし装置と他の系統・機器を隔離する弁は直列で2個設置し、格納容器圧力逃がし装置と他の系統・機器を確実に隔離することで、悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【65条18】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p><u>格納容器圧力逃がし装置の使用に際しては、原子炉格納容器が負圧とならないよう、代替格納容器スプレイ冷却系等による原子炉格納容器内へのスプレイは停止する運用を保安規定に定めて管理する。仮に、原子炉格納容器内にスプレイする場合においても、原子炉格納容器内圧力が規定の圧力まで減圧した場合には、原子炉格納容器内へのスプレイを停止する運用を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【65条19】</p>	<p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>格納容器圧力逃がし装置使用時の排出経路に設置される隔離弁は、遠隔人力操作機構（個数4）によって人力により容易かつ確実に操作が可能な設計とする。</p> <p>【65条22】</p>	<p>V-1-8-1—原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 圧力逃がし装置</p> <p>・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>排出経路に設置される隔離弁の電動弁については、常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電により、中央制御室から操作が可能な設計とする。</p> <p>【65条24】</p>	<p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.6 各機器固有の設計</p> <p>(2) その他各設備固有の設計</p> <p>b. 格納容器圧力逃がし装置</p>
—	<p>系統内に設ける圧力開放板は、格納容器圧力逃がし装置の使用の妨げにならないよう、原子炉格納容器からの排気圧力と比較して十分に低い圧力で破裂する設計とする。</p> <p>【65条25】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧 破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計	⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計
—	格納容器圧力逃がし装置は、水の放射線分解により発生する水素がフィルタ装置内に蓄積することを防止するため、格納容器圧力逃がし装置使用後にフィルタ装置スクラビング水を移送ポンプ（容量10 m ³ /h/個、揚程40 m、個数1）によりサプレッション・チェンバへ移送できる設計とする。 【63条18】【65条27】	V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設） V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計
—	格納容器圧力逃がし装置は、西側淡水貯水設備又は代替淡水貯槽から、可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによりフィルタ装置にスクラビング水を補給できる設計とする。 【65条28】	V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設） V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書 3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計
—	代替循環冷却系及び格納容器圧力逃がし装置は、共通要因によって同時に機能を損なわないよう、原理の異なる冷却及び原子炉格納容器内の減圧手段を用いることで多様性を有する設計とする。 【65条32】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.2 原子炉冷却系統施設 3.6 原子炉格納施設	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計 V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
			④ 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 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	代替循環冷却系は、非常用交流電源設備に対して多様性を有する常設代替交流電源設備からの給電により駆動できる設計とする。また、格納容器圧力逃がし装置は、非常用交流電源設備に対して多様性を有する常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電により駆動できる設計とする。格納容器圧力逃がし装置は、人力により排出経路に設置される隔離弁を操作できる設計とすることで、代替循環冷却系に対して駆動源の多様性を有する設計とする。 【65条33】	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.2 原子炉冷却系統施設 3.6 原子炉格納施設	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計 2.6 各機器固有の設計 (2) その他各設備固有の設計 b. 格納容器圧力逃がし装置 V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④ 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 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計 18.5 各機器固有の設計 (2) その他各設備固有の設計 c. 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 (e) 代替循環冷却系への電源供給に関する設計
—	代替循環冷却系の代替循環冷却系ポンプ、残留熱除去系熱交換器及びサブプレッション・チェーンは原子炉建屋原子炉棟内に設置し、格納容器圧力逃がし装置のフィルタ装置は原子炉建屋近傍の格納容器圧力逃がし装置格納槽(地下埋設)に、第二弁操作室遮蔽、第二弁操作室空気ポンベ及び第二弁操作室差圧計は原子炉建	V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.2 原子炉冷却系統施設 3.6 原子炉格納施設	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>屋付属棟に, 圧力開放板は原子炉建屋近傍の屋外に設置することで共通要因によって同時に機能を損なわないよう位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【65条34】</p>		<p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③ 残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・代替循環冷却系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>代替循環冷却系と格納容器圧力逃がし装置は, 共通要因によって同時に機能を損なわないよう, 流路を分離することで独立性を有する設計とする。</p> <p>【65条35】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 圧力逃がし装置</p> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器圧力逃がし装置 <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③ 残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・代替循環冷却系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>これらの多様性及び流路の独立性並びに位置的分散によって, 代替循環冷却系と格納容器</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>圧力逃がし装置は、互いに重大事故等対処設備として、可能な限りの独立性を有する設計とする。</p> <p>【65条36】</p>	<p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.2 原子炉冷却系統施設</p> <p>3.6 原子炉格納施設</p>	<p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 圧力逃がし装置</p> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器圧力逃がし装置 <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>③ 残留熱除去設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・残留熱除去系 <p>④ 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・代替循環冷却系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
	<p>(2) 格納容器圧力逃がし装置による水素排出炉心の著しい損傷が発生した場合において原子炉格納容器内における水素爆発による破損を防止できるように、原子炉格納容器内に滞留する水素及び酸素を大気へ排出するための設備として、格納容器圧力逃がし装置を設ける設計とする。</p> <p>【67条2】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能</p> <p>3.2.6 重大事故等時における水素爆発による原子炉格納容器の破損防止機能</p> <p>別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>2.1.3 格納容器圧力逃がし装置</p> <p>4.1.3 格納容器圧力逃がし装置</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p> <p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>⑥ 圧力逃がし装置</p> <ul style="list-style-type: none"> ・格納容器圧力逃がし装置 <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計</p> <p>3.2 原子炉格納容器の破損を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
	<p>原子炉格納容器内に滞留する水素及び酸素を大気へ排出するための重大事故等対処設備として、格納容器圧力逃がし装置は、フィルタ装置(フィルタ容器、スクラビング水、金属フ</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計</p> <p>2.1 機能に係る設計条件の設定</p> <p>2.2 機能単位の系統の明確化</p> <p>2.3 兼用する機能の確認</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>フィルタ, よう素除去部), 圧力開放板, 配管・弁類, 計測制御装置等で構成し, 炉心の著しい損傷が発生した場合において, 原子炉格納容器内雰囲気ガスを不活性ガス系等を経由して, フィルタ装置へ導き, 放射性物質を低減させた後に原子炉建屋原子炉棟屋上に設ける放出口から排出(系統設計流量 13.4 kg/s (1 Pd において)) することで, 排気中に含まれる放射性物質の環境への排出を低減しつつ, ジルコニウム-水反応及び水の放射線分解等により発生する原子炉格納容器内の水素及び酸素を大気に排出できる設計とする。</p> <p>【67条9】</p>	<p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>2.1.3 格納容器圧力逃がし装置 4.1.3 格納容器圧力逃がし装置</p>	<p>2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計 3.2 原子炉格納容器の破損を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
—	<p>フィルタ装置は, 排気中に含まれる粒子状放射性物質, ガス状の無機よう素及び有機よう素を除去できる設計とする。また, 無機よう素をスクラビング水中に捕集・保持するためにアルカリ性の状態(待機状態において pH13 以上)に維持する設計とする。</p> <p>【67条9-1】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p> <p>2.1.3 格納容器圧力逃がし装置 4.1.3 格納容器圧力逃がし装置</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計 3.2 原子炉格納容器の破損を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>
—	<p>格納容器圧力逃がし装置は, 排気中に含まれる可燃性ガスによる爆発を防ぐため, 窒素ガス代替注入系により, 系統内を不活性ガス(窒素)で置換した状態で待機させ, ベント開始後においても不活性ガスで置換できる設計とし, 排出経路に可燃性ガスが蓄積する可能性のある箇所にはベントラインを設け, 可燃性ガスを排出できる設計とすることで, 系統内で水素濃度及び酸素濃度が可燃領域に達することを防止できる設計とする。</p> <p>【67条10】</p>	<p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書(原子炉格納施設)</p> <p>V-1-8-1 原子炉格納施設の設計条件に関する説明書</p> <p>3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能 3.2.6 重大事故等時における水素爆発による原子炉格納容器の破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計</p> <p>V-1-8-2 原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書</p>	<p>2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置</p> <p>2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>3. 原子炉格納施設の設計 3.2 原子炉格納容器の破損を防止するための水素濃度低減設備の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		2.1.3 格納容器圧力逃がし装置 4.1.3 格納容器圧力逃がし装置	
—	格納容器圧力逃がし装置使用時の排出経路に設置される隔離弁は、遠隔人力操作機構（個数4）によって人力により容易かつ確実に操作が可能な設計とする。 【67条19】	V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書 3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計
—	排出経路に設置される隔離弁の電動弁については、常設代替交流電源設備又は可搬型代替交流電源設備からの給電により、中央制御室から操作が可能な設計とする。 【67条19-1】	V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書 3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.6 各機器固有の設計 (2) その他各設備固有の設計 b. 格納容器圧力逃がし装置
—	格納容器圧力逃がし装置は、水の放射線分解により発生する水素がフィルタ装置内に蓄積することを防止するため、格納容器圧力逃がし装置使用後にフィルタ装置スクラビング水を移送ポンプ（容量10 m ³ /h/個、揚程40 m、個数1）によりサプレッション・チェンバへ移送できる設計とする。 【67条22】	V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書 3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計
—	格納容器圧力逃がし装置は、西側淡水貯水設備又は代替淡水貯槽から、可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによりフィルタ装置にスクラビング水を補給できる設計とする。 【67条23】	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設） V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設） V-1-8-1 原子炉格納施設的设计条件に関する説明書 3.2.4 重大事故等時における原子炉格納容器の過圧破損防止機能 別添3 格納容器圧力逃がし装置の設計	2. 原子炉格納施設の兼用する設計 2.1 機能に係る設計条件の設定 2.2 機能単位の系統の明確化 2.3 兼用する機能の確認 2.4 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ⑥ 圧力逃がし装置 ・格納容器圧力逃がし装置 2.5 兼用を含む原子炉格納施設の機器の仕様等に関する設計
—	3.7 水源、代替水源供給設備 3.7.1 重大事故等の収束に必要な水源	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	V-1-10-4 「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>設計基準事故の収束に必要な水源とは別に、重大事故等の収束に必要な十分な水を有する水源を確保することに加えて、設計基準事故対処設備及び重大事故等対処設備に対して重大事故等の収束に必要な水の量を供給するために必要な重大事故等対処設備として、代替淡水貯槽、西側淡水貯水設備、サプレッション・チェンバ及びほう酸水貯蔵タンクを重大事故等の収束に必要な水源として設ける設計とする。</p> <p>【71条1】</p>	<p>V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (計測制御系統施設)</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p>	<p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p> <p>V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1</p> <p>2. 計測制御系統施設の兼用に関する設計</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>① ほう酸水注入系</p>
—	<p>また、これら重大事故等の収束に必要な水源とは別に、代替淡水源として淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）を設ける設計とする。</p> <p>【71条2】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>代替淡水貯槽を水源として重大事故等の対応を実施する際には、西側淡水貯水設備を代替淡水源とし、西側淡水貯水設備を水源として重大事故等の対応を実施する際には、代替淡水貯槽を代替淡水源とする。また、淡水が枯渇した場合に、海を水源として利用できる設計とする。</p> <p>【71条3】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>代替淡水貯槽は、想定される重大事故等時において、原子炉圧力容器への注水及び原子炉格納容器へのスプレイに使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段である低圧代替注水系（常設）、低圧代替注水系（可搬型）、代替格納容器スプレイ冷却系（常設）、代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）、格納</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉格納施設)</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>容器下部注水系（常設）及び格納容器下部注水系（可搬型）の水源として、また、格納容器圧力逃がし装置のフィルタ装置へのスクラビング水補給の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条6】</p>		18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	<p>西側淡水貯水設備は、想定される重大事故等時において、原子炉圧力容器への注水及び原子炉格納容器へのスプレイに使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段である低圧代替注水系（可搬型）、代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）及び格納容器下部注水系（可搬型）の水源として、また、格納容器圧力逃がし装置のフィルタ装置へのスクラビング水補給の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条7】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>サプレッション・チェンバ（容量3400 m³、個数1）は、想定される重大事故等時において、原子炉圧力容器への注水及び原子炉格納容器へのスプレイに使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段である高圧代替注水系、代替循環冷却系、残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）及び残留熱除去系（サプレッション・プール冷却系）の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条8】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <ul style="list-style-type: none"> ・低圧代替注水系 <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>ほう酸水貯蔵タンクは、想定される重大事故等時において、原子炉圧力容器への注水に使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段であるほう酸水注入系の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条9】</p>	V-1-1-4-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（計測制御系統施設）	<p>V-1-10-5「計測制御系統施設」の様式-1</p> <p>2. 計測制御系統施設の兼用に関する設計</p> <p>2.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>① ほう酸水注入系</p>
—	<p>代替淡水源である淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）は、想定される重大事故等時において、代替淡水貯槽又は西側淡水貯水設備へ水を供給するための水源であるとともに、格納容器</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>圧力逃がし装置のフィルタ装置へのスクラビング水補給の水源として使用できる設計とする。</p> <p>【71条10】</p>		<p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>海は、想定される重大事故等時において、淡水が枯渇した場合に、代替淡水貯槽又は西側淡水貯水設備へ水を供給するための水源であるとともに、原子炉圧力容器への注水及び原子炉格納容器へのスプレイに使用する設計基準事故対処設備が機能喪失した場合の代替手段である低圧代替注水系（可搬型）、代替格納容器スプレイ冷却系（可搬型）及び格納容器下部注水系（可搬型）の水源として、また、原子炉建屋放水設備の水源として利用できる設計とする。</p> <p>【71条11】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p> <p>V-1-1-4-7 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉格納施設）</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>3.7.2 代替水源供給設備</p> <p>設計基準事故対処設備及び重大事故等対処設備に対して、重大事故等の収束に必要な十分な量の水を供給するために必要な設備及び海を利用するために必要な設備として、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプを設ける設計とする。</p> <p>【71条4】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>
—	<p>重大事故等の収束に必要な水源である代替淡水貯槽へ淡水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水中型ポンプは、代替淡水源である西側淡水貯水設備、淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）の淡水を、可搬型代替注水大型ポンプは、淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）の淡水を代替淡水貯槽へ供給できる設計とする。</p> <p>また、淡水が枯渇した場合に、重大事故等の収束に必要な水源である代替淡水貯槽へ海水</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（原子炉冷却系統施設）</p>	<p>V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1</p> <p>18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計</p> <p>18.1 機能単位の系統の明確化</p> <p>18.2 兼用する機能の確認</p> <p>18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計</p> <p>④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備</p> <p>・ 低圧代替注水系</p> <p>18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、海水を代替淡水貯槽へ供給できる設計とする。</p> <p>【71条12】</p>		
—	<p>重大事故等の収束に必要な水源である西側淡水貯水設備へ淡水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水大型ポンプは、代替淡水源である代替淡水貯槽、淡水タンク（多目的タンク、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び純水貯蔵タンク）の淡水を西側淡水貯水設備へ供給できる設計とする。</p> <p>また、淡水が枯渇した場合に、重大事故等の収束に必要な水源である西側淡水貯水設備へ海水を供給するための重大事故等対処設備として、可搬型代替注水大型ポンプは、海水を西側淡水貯水設備へ供給できる設計とする。</p> <p>【71条13】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	<p>可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプは、空冷式のディーゼルエンジンにより駆動できる設計とする。</p> <p>【71条14】</p>	V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計
—	<p>代替水源及び代替淡水源からの移送ルートを確認するとともに、可搬型のホース、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプについては、複数箇所に分散して保管する。</p> <p>【71条5】</p>	<p>V-1-1-4-3 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却系統施設)</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散 3.2 原子炉冷却系統施設</p>	V-1-10-4「原子炉冷却系統施設」の様式-1 18. 原子炉冷却系統施設の兼用に関する設計 18.1 機能単位の系統の明確化 18.2 兼用する機能の確認 18.3 機能を兼用する機器を含む設備に係る設計 ④非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 ・ 低圧代替注水系 18.4 兼用を含む原子炉冷却系統施設の機器の仕様等に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>4. 主要対象設備</p> <p>原子炉格納施設の対象となる主要な設備について、「表1 原子炉格納施設の主要設備リスト」に示す。</p>	<p>4. 主要対象設備</p> <p>原子炉格納施設の対象となる主要な設備について、「表1 原子炉格納施設の主要設備リスト」に示す。本施設の設備として兼用する場合に主要設備リストに記載されない設備については、「表2 原子炉格納施設の兼用設備リスト」に示す。</p>	<p>—</p>	<p>—</p> <p>(「主要設備リスト」及び「兼用リスト」による)</p>

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-8【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（その他附属施設非
常用電源設備）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：非常用電源設備】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子力設備に関する技術基準を定める省令」, 「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
第1章 共通項目 非常用電源設備の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.6 逆止め弁を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	第1章 共通項目 非常用電源設備の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.6 逆止め弁を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	—	1. 共通的に適用される設計
第2章 個別項目 1. 非常用電源設備の電源系統 1.1 非常用電源系統 重要安全施設においては, 多重性を有し, 系統分離が可能である母線で構成し, 信頼性の高い機器を設置する。 非常用高圧母線 (メタルクラッド開閉装置で構成) は, 多重性を持たせ, 3系統の母線で構成し, 工学的安全施設に関する高圧補機と発電所の保安に必要な高圧補機へ給電する設計とする。また, 動力変圧器を通して降圧し, 非常用低圧母線 (パワーセンタ及びモータコントロールセンタで構成) へ給電する。非常用低圧母線も同様に多重性を持たせ 3系統の母線で構成し, 工学的安全施設に関する低圧補機と発電所の保安に必要な低圧補機へ給電する設計とする。	第2章 個別項目 1. 非常用電源設備の電源系統 1.1 非常用電源系統 重要安全施設においては, 多重性を有し, 系統分離が可能である母線で構成し, 信頼性の高い機器を設置する。 【45条9】 非常用高圧母線 (メタルクラッド開閉装置で構成) は, 多重性を持たせ, 3系統の母線で構成し, 工学的安全施設に関する高圧補機と発電所の保安に必要な高圧補機へ給電する設計とする。また, 動力変圧器を通して降圧し, 非常用低圧母線 (パワーセンタ及びモータコントロールセンタで構成) へ給電する。非常用低圧母線も同様に多重性を持たせ 3系統の母線で構成し, 工学的安全施設に関する低圧補機と発電所の保安に必要な低圧補機へ給電する設計とする。 【45条26】	—	— (追加要求事項なし)
また, 高圧及び低圧母線等で故障が発生した際は, 遮断器により故障箇所を隔離できる設計とし, 故障による影響を局所化できるとともに, 他の安全施設への影響を限定できる設計とする。 さらに, 非常用所内電源系からの受電時の母線	また, 高圧及び低圧母線等で故障が発生した際は, 遮断器により故障箇所を隔離できる設計とし, 故障による影響を局所化できるとともに, 他の安全施設への影響を限定できる設計とする。 【45条26】 さらに, 非常用所内電源系からの受電時の母線	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
切替操作が容易な設計とする。	切替操作が容易な設計とする。 【45条10】		
これらの母線は、独立性を確保した設計とする。	これらの母線は、独立性を確保し、それぞれ区画分離された部屋に配置する設計とする。 【45条26】	V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書 3.2 火災区域及び火災区画の設定	V-1-10-12「火災防護設備」の様式-1 3. 火災区域及び火災区画の設定
原子炉緊急停止系並びに工学的安全施設に関する多重性を持つ動力回路に使用するケーブルは、負荷の容量に応じたケーブルを使用し、多重化したそれぞれのケーブルについて相互に物理的分離を図る設計とするとともに制御回路や計装回路への電氣的影響を考慮した設計とする。	原子炉緊急停止系並びに工学的安全施設に関する多重性を持つ動力回路に使用するケーブルは、負荷の容量に応じたケーブルを使用し、多重化したそれぞれのケーブルについて相互に物理的分離を図る設計とするとともに制御回路や計装回路への電氣的影響を考慮した設計とする。 【45条29】	—	— (追加要求事項なし)
1.2 所内電気系統 所内電気設備は、3系統の非常用母線等（メタルクラッド開閉装置（6900 V、2000 Aのものを2母線）、メタルクラッド開閉装置 HPCS（6900 V、2000 Aのものを1母線）、パワーセンタ（480 V、4000 Aのものを2母線）、モータコントロールセンタ（480 V、800 Aのものを14母線）、モータコントロールセンタ HPCS（480 V、800 Aのものを1母線）、動力変圧器（3333 kVA、6900/480 Vのものを2個）、動力変圧器 HPCS（600 kVA、6900/480 Vのものを1個））により構成することにより、共通要因で機能を失うことなく、3系統のうち2系統は電力供給機能の維持及び人の接近性の確保を図る設計とする。	1.2 代替所内電気系統 所内電気設備は、3系統の非常用母線等（メタルクラッド開閉装置（6900 V、2000 Aのものを2母線）、メタルクラッド開閉装置 HPCS（6900 V、2000 Aのものを1母線）、パワーセンタ（480 V、4000 Aのものを2母線）、モータコントロールセンタ（480 V、800 Aのものを14母線）、モータコントロールセンタ HPCS（480 V、800 Aのものを1母線）、動力変圧器（3333 kVA、6900/480 Vのものを2個）、動力変圧器 HPCS（600 kVA、6900/480 Vのものを1個））により構成することにより、共通要因で機能を失うことなく、3系統のうち2系統は電力供給機能の維持及び人の接近性の確保を図る設計とする。 【72条25】	—	— (追加要求事項なし)
—	これとは別に上記3系統の非常用母線等の機能が喪失したことにより発生する重大事故等の対応に必要な設備に電力を給電する代替所内電気設備として、緊急用断路器（6900 V、1200 Aのものを1個）、緊急用メタルクラッド開閉装置（6900 V、1200 Aのものを1個）、緊急用動力変圧器（2000 kVA、6900/480 Vのものを1個）、緊急用パワーセンタ（480 V、3000 Aのものを1個）、緊急用モータコントロールセンタ（480 V、800 Aのものを3個）、可搬型代替低圧電源車接続盤（交流入出力（480 V、1600 A）、可搬型整流器交流入力（210 V、600 A）、可搬型整流器直流出力（150 V、400 A）の	V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】） V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書（別添）	2. 非常用電源設備の設計 2.5 代替所内電気設備 (1) 代替所内電気設備

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>ものを2個)、緊急用計装交流主母線盤(50kVA, 480/240-120Vのものを1個)、緊急用直流125V充電器(125V, 700Aのものを1個)、可搬型整流器用変圧器(150kVA, 480/210Vのものを2個)、可搬型代替直流電源設備用電源切替盤(125V, 400Aのものを1個)、緊急用直流125V主母線盤(125V, 1200Aのものを1個)、緊急用直流125Vモータコントロールセンタ(125V, 400Aのものを1個)、緊急用直流125V計装分電盤(125V, 400Aのものを1個)、緊急用無停電電源装置、緊急用無停電計装分電盤(120V, 400Aのものを1個)、緊急用電源切替盤(緊急用交流電源切替盤(480V, 65Aのものを2個)、緊急用直流電源切替盤(125V, 120Aのものを1個)、緊急用直流計装電源切替盤(125V, 50Aのものを2個)、緊急用無停電計装電源切替盤(120V, 50Aのものを1個))を使用できる設計とする。代替所内電気設備は、上記に加え、電路、計測制御装置等で構成し、常設代替交流電源設備、可搬型代替交流電源設備、常設代替直流電源設備又は可搬型代替直流電源設備の電路として使用し電力を供給できる設計とする。また、代替所内電気設備は、人の接近性を考慮した設計とする。なお、緊急用125V系蓄電池は、常設代替直流電源設備に位置付ける。常設代替直流電源設備は、全交流動力電源喪失から24時間にわたり、緊急用125V系蓄電池から電力を供給できる設計とする。</p> <p>【72条26】</p>		
	<p>代替所内電気設備の緊急用メタルクラッド開閉装置、緊急用パワーセンタ、緊急用モータコントロールセンタ、緊急用電源切替盤、緊急用直流125V主母線盤等は、非常用所内電気設備と異なる区画に設置することで、共通要因によって同時に機能を損なわないように位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【72条27】</p> <p>代替所内電気設備は、独立した電路で系統構成することにより、非常用所内電気設備に対して、独立性を有する設計とする。</p> <p>【72条28】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.7.1 非常用電源設備</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.5 代替所内電気設備</p> <p>(1) 代替所内電気設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>これらの位置的分散及び電路の独立性によって、代替所内電気設備は非常用所内電気設備に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【72条29】</p>		
—	<p>常設代替直流電源設備は、原子炉建屋付属棟（廃棄物処理棟）内に設置することで、原子炉建屋付属棟内の非常用直流電源設備と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【72条30】</p> <p>常設代替直流電源設備は、緊急用125V系蓄電池から緊急用直流125V主母線盤までの系統において、独立した電路で系統構成することにより、非常用直流電源設備の125V系蓄電池A系・B系及びHPCS系から直流125V主母線盤2A・2B及びHPCSまでの系統に対して、独立性を有する設計とする。</p> <p>【72条31】</p> <p>これらの位置的分散及び電路の独立性によって、常設代替直流電源設備は非常用直流電源設備に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【72条32】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.7.1 非常用電源設備</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.5 代替所内電気設備</p> <p>(1) 代替所内電気設備</p>
—	<p>重大事故等対処施設の動力回路に使用するケーブルは、負荷の容量に応じたケーブルを使用し、非常用電源系統へ接続するか、非常用電源系統と独立した代替所内電気系統へ接続する設計とする。</p> <p>【72条33】</p>	<p>第1-4-1図 単線結線図(1/5)～第1-4-4図 単線結線図(4/5)</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.5 代替所内電気設備</p> <p>(1) 代替所内電気設備</p>
<p>2. 交流電源設備</p> <p>2.1 非常用交流電源設備</p> <p>発電用原子炉施設は、重要安全施設がその機能を維持するために必要となる電力を当該重要安全施設に供給するため、電力系統に連系した設計とする。</p>	<p>2. 交流電源設備</p> <p>2.1 非常用交流電源設備</p> <p>発電用原子炉施設は、重要安全施設がその機能を維持するために必要となる電力を当該重要安全施設に供給するため、電力系統に連系した設計とする。</p> <p>【45条1】</p>	—	<p>—</p> <p>(追加要求事項なし)</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>発電用原子炉施設には、電線路及び当該発電用原子炉施設において常時使用される発電機からの電力の供給が停止した場合において発電用原子炉施設の安全性を確保するために必要な装置の機能を維持するため、内燃機関を原動力とする非常用電源設備を設ける設計とする。</p>	<p>発電用原子炉施設には、電線路及び当該発電用原子炉施設において常時使用される発電機からの電力の供給が停止した場合において発電用原子炉施設の安全性を確保するために必要な装置の機能を維持するため、内燃機関を原動力とする非常用電源設備を設ける設計とする。</p> <p>【45条2】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>発電用原子炉施設の安全性を確保するために必要な装置（非常用電源設備及びその燃料補給設備、使用済燃料プールへの補給設備、原子炉格納容器内の圧力、温度、酸素・水素濃度、放射性物質の濃度及び線量当量率の監視設備並びに中央制御室外からの原子炉停止設備）は、内燃機関を原動力とする非常用電源設備の非常用ディーゼル発電機（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を含む。）からの電源供給が可能な設計とする。</p>	<p>発電用原子炉施設の安全性を確保するために必要な装置（非常用電源設備及びその燃料補給設備、使用済燃料プールへの補給設備、原子炉格納容器内の圧力、温度、酸素・水素濃度、放射性物質の濃度及び線量当量率の監視設備並びに中央制御室外からの原子炉停止設備）は、内燃機関を原動力とする非常用電源設備の非常用ディーゼル発電機（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を含む。）からの電源供給が可能な設計とする。</p> <p>【45条3】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>非常用電源設備及びその付属設備は、多重性又は多様性を確保し、及び独立性を確保し、その系統を構成する機械又は器具の単一故障が発生した場合であっても、運転時の異常な過渡変化時又は設計基準事故時において、工学的安全施設及び設計基準事故に対処するための設備がその機能を確保するために十分な容量を有する設計とする。</p>	<p>非常用電源設備及びその付属設備は、多重性又は多様性を確保し、及び独立性を確保し、その系統を構成する機械又は器具の単一故障が発生した場合であっても、運転時の異常な過渡変化時又は設計基準事故時において、工学的安全施設及び設計基準事故に対処するための設備がその機能を確保するために十分な容量を有する設計とする。</p> <p>【45条22】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>非常用ディーゼル発電機（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を含む。）は、非常用高圧母線低電圧信号又は非常用炉心冷却設備作動信号で起動し、設置（変更）許可を受けた原子炉冷却材喪失事故における工学的安全施設の設備の作動開始時間を満足する時間である10秒以内に電圧を確立した後は、各非常用高圧母線に接続し、負荷に給電する設計とする。</p>	<p>非常用ディーゼル発電機（高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を含む。）は、非常用高圧母線低電圧信号又は非常用炉心冷却設備作動信号で起動し、設置（変更）許可を受けた原子炉冷却材喪失事故における工学的安全施設の設備の作動開始時間を満足する時間である10秒以内に電圧を確立した後は、各非常用高圧母線に接続し、負荷に給電する設計とする。</p> <p>【45条23】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>設計基準事故時において、発電用原子炉施設に属する非常用所内電源設備及びその付属設備は、発電用原子炉ごとに単独で設置し、他の発電用原子炉施設と共用しない設計とする。</p>	<p>設計基準事故時において、発電用原子炉施設に属する非常用所内電源設備及びその付属設備は、発電用原子炉ごとに単独で設置し、他の発電用原子炉施設と共用しない設計とする。</p> <p>【45条25】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>非常用交流電源設備は、想定される重大事故等時において、重大事故等対処設備として使用できる設計とする。</p> <p>【72条39】</p> <p>非常用交流電源設備は、設計基準事故対処設備であるとともに、重大事故等時においても使用するため、重大事故等対処設備としての基本方針に示す設計方針を適用する。ただし、多様性及び独立性並びに位置的分散を考慮すべき対象の設計基準事故対処設備はないことから、重大事故等対処設備の基本方針のうち「5.1.2 多様性、位置的分散等」に示す設計方針は適用しない。</p> <p>【72条42】</p>	<p>V-1-9-1-1 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書</p> <p>2.1 常設の非常用発電装置の出力に関する設計方針</p> <p>3.1 非常用ディーゼル発電機</p> <p>3.2 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機</p> <p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.7.1 非常用電源設備</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.1 非常用発電装置</p> <p>(1) ディーゼル発電機</p>
—	<p>非常用交流電源設備のうち2C・2D非常用ディーゼル発電機は重大事故等時に、ATWS緩和設備（代替制御棒挿入機能）、ATWS緩和設備（代替再循環系ポンプトリップ機能）、ほう酸水注入系、過渡時自動減圧機能、残留熱除去系（低圧注水系）、残留熱除去系（原子炉停止時冷却系）、残留熱除去系（格納容器スプレイ冷却系）、残留熱除去系（サプレッション・プール冷却系）、低圧炉心スプレイ系、残留熱除去系海水系、中央制御室換気系、計装設備及び原子炉建屋ガス処理系へ電力を供給できる設計とする。</p> <p>【72条40】</p> <p>非常用交流電源設備のうち高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機は重大事故等時に、高圧炉心スプレイ系及び計装設備へ電力を供給できる設計とする。</p> <p>【72条41】</p>	<p>V-1-9-1-1 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書</p> <p>2.1 常設の非常用発電装置の出力に関する設計方針</p> <p>3.1 非常用ディーゼル発電機</p> <p>3.2 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.1 非常用発電装置</p> <p>(1) ディーゼル発電機</p>
—	<p>2.2 常設代替交流電源設備</p> <p>設計基準事故対処設備の電源が喪失したことにより重大事故等が発生した場合において、炉心の著しい損傷、原子炉格納容器の破損、使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷及び運転停止中原子炉内燃料体の著しい損傷を防止するために必要な交流負荷へ電力を供給する常設代替交流電源設備として常設代替高圧電源装置を設ける設計とする。</p>	<p>V-1-9-1-1 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書</p> <p>2.1 常設の非常用発電装置の出力に関する設計方針</p> <p>3.3 常設代替高圧電源装置</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.1 非常用発電装置</p> <p>(2) 常設代替高圧電源装置</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>【72条1】</p> <p>常設代替交流電源設備は、常設代替高圧電源装置、電路、計測制御装置等で構成し、設計基準事故対処設備の交流電源が喪失（全交流動力電源喪失）した場合に、重大事故等時に対処するために常設代替高圧電源装置を中央制御室での操作にて速やかに起動し、緊急用メタルクラッド開閉装置を介してメタルクラッド開閉装置2C又はメタルクラッド開閉装置2Dへ接続することで電力を供給できる設計とする。</p> <p>【72条2】</p>	<p>V-1-9-1-1 非常用発電装置の出力に関する説明書</p> <p>2.1 常設の非常用発電装置の出力に関する設計方針</p> <p>3.3 常設代替高圧電源装置</p> <p>V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書（別添）</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.1 非常用発電装置</p> <p>(2) 常設代替高圧電源装置</p>
	<p>常設代替交流電源設備は、非常用交流電源設備と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、常設代替高圧電源装置の冷却方式を空冷とすることで、冷却方式が水冷である2C・2D非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を用いる非常用交流電源設備に対して多様性を有する設計とする。</p> <p>【72条3】</p> <p>常設代替交流電源設備の常設代替高圧電源装置は、原子炉建屋付属棟から離れた屋外（常設代替高圧電源装置置場）に設置することで、原子炉建屋付属棟内の2C・2D非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【72条4】</p> <p>常設代替交流電源設備は、常設代替高圧電源装置からメタルクラッド開閉装置2C及びメタルクラッド開閉装置2Dまでの系統において、独立した電路で系統構成することにより、2C・2D非常用ディーゼル発電機からメタルクラッド開閉装置2C及びメタルクラッド開閉装置2Dまでの系統に対して、独立性を有する設計とする。</p> <p>【72条5】</p> <p>これらの多様性及び位置的分散並びに電路の独立性によって、常設代替交流電源設備は非常用交流電源設備に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【72条6】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.7.1 非常用電源設備</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.1 非常用発電装置</p> <p>(2) 常設代替高圧電源装置</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>2.3 緊急時対策所用発電機</p> <p>緊急時対策所用発電機（東海，東海第二発電所共用（以下同じ。））は，緊急時対策所用メタルクラッド開閉装置（東海，東海第二発電所共用（以下同じ。））（6900 V，1200 A のものを1個），緊急時対策所用動力変圧器（東海，東海第二発電所共用）（1400 kVA，6900/480 V のものを1個），緊急時対策所用パワーセンタ（東海，東海第二発電所共用）（480 V，1800 A のものを1個），緊急時対策所用モータコントロールセンタ（東海，東海第二発電所共用）（480 V，1200 A 及び210 V，800 A のものを2個），緊急時対策所用100 V分電盤（東海，東海第二発電所共用）（105 V，800 A のものを2個及び105 V，400 A のものを1個），緊急時対策所用直流125 V 主母線盤（東海，東海第二発電所共用）（125 V，1200 A のものを1個），緊急時対策所用直流125 V 分電盤（東海，東海第二発電所共用）（125 V，800 A のものを1個）を經由して緊急時対策所非常用送風機（東海，東海第二発電所共用），衛星電話設備（固定型）（東海，東海第二発電所共用），統合原子力防災ネットワークに接続する通信連絡設備（テレビ会議システム，IP電話，IP-FAX）（東海，東海第二発電所共用）及び安全パラメータ表示システム（SPDS）等へ給電できる設計とする。</p> <p>【76条5】</p>	<p>V-1-9-1-1 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書</p> <p>2.1 常設の非常用発電装置の出力に関する設計方針</p> <p>3.4 緊急時対策所用発電機</p> <p>V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】）</p> <p>V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書（別添）</p> <p>第1-4-5 図 単線結線図（5/5）</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.1 非常用発電装置</p> <p>(3) 緊急時対策所用発電機</p>
—	<p>2.4 可搬型代替交流電源設備</p> <p>設計基準事故対処設備の交流電源が喪失（全交流動力電源喪失）した場合に，重大事故等の対応に必要な発電用原子炉等を冷却するための設備である常設低圧代替注水系ポンプ，プラント監視機能を維持する設備等に電力を供給する可搬型代替交流電源設備として，可搬型代替低圧電源車を使用できる設計とする。可搬型代替交流電源設備は，可搬型代替低圧電源車，電路，計測制御装置等で構成し，可搬型代替低圧電源車を，可搬型代替低圧電源車接続盤（西側）又は（東側）を經由してパワーセンタ2C 及び2D へ接続することで電力を供給できる設計とする。</p> <p>【72条7】</p>	<p>V-1-9-1-1 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書</p> <p>2.2 可搬型の非常用発電装置の出力に関する設計方針</p> <p>3.5.1 可搬型代替低圧電源車</p> <p>V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】）</p> <p>V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書（別添）</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.1 非常用発電装置</p> <p>(4) 可搬型代替低圧電源車</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>可搬型代替交流電源設備は、非常用交流電源設備と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、可搬型代替低圧電源車の冷却方式を空冷とすることで、冷却方式が水冷である2C・2D非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機を用いる非常用交流電源設備に対して多様性を有する設計とする。</p> <p>【72条8】</p> <p>可搬型代替交流電源設備の可搬型代替低圧電源車は、屋外の原子炉建屋付属棟から離れた場所に保管することで、原子炉建屋付属棟内の2C・2D非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、位置的分散を図る設計とする。また、可搬型代替交流電源設備の可搬型代替低圧電源車は、屋外（常設代替高圧電源装置置場）の常設代替高圧電源装置から離れた場所に保管することで、共通要因によって同時に機能を損なわないよう、位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【72条9】</p> <p>可搬型代替交流電源設備は、可搬型代替低圧電源車からパワーセンタ2C及びパワーセンタ2Dまでの系統において、独立した電路で系統構成することにより、2C・2D非常用ディーゼル発電機からパワーセンタ2C及びパワーセンタ2Dまでの系統に対して、独立性を有する設計とする。</p> <p>【72条10】</p> <p>これらの多様性及び位置的分散並びに電路の独立性によって、可搬型代替交流電源設備は非常用交流電源設備である2C・2D非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【72条11】</p> <p>可搬型代替交流電源設備の可搬型代替低圧電源車の接続箇所は、共通要因によって接続できなくなることを防止するため、位置的分散を図った複数箇所に設置する設計とする。</p> <p>【72条12】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.7.1 非常用電源設備</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.1 非常用発電装置</p> <p>(4) 可搬型代替低圧電源車</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>2.5 窒素供給装置用電源車</p> <p>窒素供給装置用電源車は、窒素供給装置用電源車1台により、2台の窒素供給装置に給電できる設計とする。</p> <p>【63条12】【65条21】【67条6】</p>	<p>V-1-9-1-1 非常用発電装置の出力の決定に関する説明書</p> <p>2.2 可搬型の非常用発電装置の出力に関する設計方針</p> <p>3.5.2 緊急時対策所用発電機</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.1 非常用発電装置</p> <p>(5) 窒素供給装置用電源車</p>
<p>3. 直流電源設備及び計測制御用電源設備</p> <p>3.1 常設直流電源設備</p> <p>設計基準対象施設の安全性を確保する上で特に必要な設備に対し、直流電源設備を施設する設計とする。</p>	<p>3. 直流電源設備及び計測制御用電源設備</p> <p>3.1 常設直流電源設備</p> <p>設計基準対象施設の安全性を確保する上で特に必要な設備に対し、直流電源設備を施設する設計とする。</p> <p>【45条4】</p>	<p>その他発電用原子炉の附属施設（非常用電源設備）要目表</p> <p>非常用電源設備に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>9.1.2 その他の電源装置</p> <p>構造図</p> <p>9.1.2.2 電力貯蔵装置</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.2 電力貯蔵装置</p> <p>(1) 125V系蓄電池</p>
<p>直流電源設備は、短時間の全交流動力電源喪失時においても、発電用原子炉を安全に停止し、かつ、発電用原子炉の停止後に炉心を冷却するための設備の動作に必要な容量を有する蓄電池（非常用）を設ける設計とする。</p>	<p>直流電源設備は、全交流動力電源喪失時から重大事故等に対処するために必要な電力の供給が常設代替交流電源設備から開始されるまでの約95分を包絡した約8時間に対し、発電用原子炉を安全に停止し、かつ、発電用原子炉の停止後に炉心を冷却するための設備が動作するとともに、原子炉格納容器の健全性を確保するための設備が動作することができるよう、これらの設備の動作に必要な容量を有する蓄電池（非常用）を設ける設計とする。</p> <p>【16条1】【45条6】</p>	<p>V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】）</p> <p>その他発電用原子炉の附属施設（非常用電源設備）要目表</p> <p>非常用電源設備に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>9.1.2 その他の電源装置</p> <p>構造図</p> <p>9.1.2.2 電力貯蔵装置</p>	<p>(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計)</p> <p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.2 電力貯蔵装置</p> <p>(1) 125V系蓄電池</p>
<p>非常用の直流電源設備は、直流125V 3系統及び直流±24V 2系統の蓄電池、充電器、直流125V主母線盤及び直流125Vコントロールセンタ等で構成する。これらの125V系3系統のうち1系統及び±24V系2系統のうち1系統が故障しても発電用原子炉の安全性は確保できる設計とする。また、これらの系統は、多重性及び独立性を確保することにより、共通要因により同時に機能が喪失することのない設計とする。直流母線は125V及び±24Vであり、非常用直流電源設備5組の電源の負荷は、工学的安全施設等の制御装置、電磁弁等である。</p>	<p>非常用の直流電源設備は、直流125V 3系統及び直流±24V 2系統の蓄電池、充電器、直流125V主母線盤及び直流125Vコントロールセンタ等で構成する。これらの125V系3系統のうち1系統及び±24V系2系統のうち1系統が故障しても発電用原子炉の安全性は確保できる設計とする。また、これらの系統は、多重性及び独立性を確保することにより、共通要因により同時に機能が喪失することのない設計とする。直流母線は125V及び±24Vであり、非常用直流電源設備5組の電源の負荷は、工学的安全施設等の制御装置、電磁弁、非常用無停電計装分電盤に給電する非常用無停電電源装置等である。</p> <p>【45条27】</p>	<p>V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】）</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.2 電力貯蔵装置</p> <p>(1) 125V系蓄電池</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>設計基準事故対処設備の交流電源が喪失（全交流動力電源喪失）した場合に、重大事故等の対応に必要な設備に直流電力を供給する所内常設直流電源設備として、125V 系蓄電池 A 系・B 系を使用できる設計とする。所内常設直流電源設備は、125V 系蓄電池 A 系・B 系、電路、計測制御装置等で構成し、125V 系蓄電池 A 系・B 系は、直流 125V 主母線盤 2A・2B（125 V, 1200 A のものを 2 個）、直流 125V モータコントロールセンタ（125 V, 600 A のものを 2 個）及び非常用無停電計装分電盤（120 V, 400 A のものを 2 個）へ電力を供給できる設計とする。</p> <p>【72 条 13】</p> <p>所内常設直流電源設備の 125V 系蓄電池 A 系・B 系は、全交流動力電源喪失から 1 時間以内に中央制御室において不要な負荷の切り離しを行うこと、また全交流動力電源喪失から 8 時間後に中央制御室外において不要な負荷の切り離しを行うことで、全交流動力電源喪失から 24 時間にわたり、125V 系蓄電池 A 系・B 系から電力を供給できる設計とする。</p> <p>【72 条 14】</p>	<p>V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】）</p> <p>V-1-1-4-別添 2 設定根拠に関する説明書（別添）</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.2 電力貯蔵装置</p> <p>(1) 125V 系蓄電池</p>
—	<p>所内常設直流電源設備は、原子炉建屋付属棟内の 2C・2D 非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機と異なる区画に設置することで、非常用交流電源設備と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【72 条 15】</p> <p>所内常設直流電源設備は、125V 系蓄電池 A 系・B 系から直流 125V 主母線盤 2A・2B までの系統において、独立した電路で系統構成することにより、2C・2D 非常用ディーゼル発電機の交流を直流に変換する電路を用いた直流 125V 主母線盤 2A・2B までの系統に対して、独立性を有する設計とする。</p> <p>【72 条 16】</p> <p>これらの位置的分散及び電路の独立性によって、所内常設直流電源設備は非常用交流電源設備に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【72 条 17】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.7.1 非常用電源設備</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.2 電力貯蔵装置</p> <p>(1) 125V 系蓄電池</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>非常用直流電源設備の 125V 系蓄電池 A 系・B 系・HPCS 系及び中性子モニタ用蓄電池 A 系・B 系は、想定される重大事故等時において、重大事故等対処設備として使用できる設計とする。</p> <p>【72 条 44】</p> <p>非常用直流電源設備のうち 125V 系蓄電池 HPCS 系は、直流 125V 主母線盤 HPCS (125 V, 800 A のものを 1 個) へ接続することで、高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機の起動信号及び初期励磁並びにメタルクラッド開閉装置 HPCS の制御回路等の高圧炉心スプレイ系の負荷に電力を供給できる設計とする。</p> <p>【72 条 45】</p> <p>非常用直流電源設備のうち、中性子モニタ用蓄電池 A 系・B 系は、直流±24V 中性子モニタ用分電盤 (±24 V, 50 A のものを 2 個) へ接続することで、起動領域計装に電力を供給できる設計とする。</p> <p>【72 条 46】</p>	<p>V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書 (その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】)</p> <p>V-1-1-4-別添 2 設定根拠に関する説明書 (別添)</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.2 電力貯蔵装置</p> <p>(1) 125V 系蓄電池</p> <p>(2) 中性子モニタ用蓄電池</p>
—	<p>非常用直流電源設備は、設計基準事故対処設備であるとともに、重大事故等時においても使用するため、重大事故等対処設備としての基本方針に示す設計方針を適用する。ただし、多様性及び独立性並びに位置的分散を考慮すべき対象の設計基準事故対処設備はないことから、重大事故等対処設備の基本方針のうち「5.1.2 多様性、位置的分散等」に示す設計方針は適用しない。</p> <p>【72 条 47】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.7.1 非常用電源設備</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.2 電力貯蔵装置</p> <p>(1) 125V 系蓄電池</p> <p>(2) 中性子モニタ用蓄電池</p>
—	<p>3.2 可搬型代替直流電源設備</p> <p>設計基準事故対処設備の交流電源及び直流電源が喪失した場合に、重大事故等の対応に必要な設備に直流電力を供給する可搬型代替直流電源設備として可搬型代替低圧電源車及び可搬型整流器を使用できる設計とする。可搬型代替直流電源設備は、可搬型代替低圧電源車、可搬型整流器、電路、計測制御装置等で構成し、可搬型代替低圧電源車及び可搬型整流器を可搬型代替低圧電源車接続盤 (西側) 又は (東側) を経由して直流 125V 主母線盤 2A 又は直流 125V 主母線盤 2B へ接続することで電力を供給できる設計とする。</p>	<p>V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書 (その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】)</p> <p>V-1-1-4-別添 2 設定根拠に関する説明書 (別添)</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.1 非常用発電装置</p> <p>(4) 可搬型代替低圧電源車</p> <p>2.3 無停電電源装置</p> <p>(3) 可搬型整流器</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>【72 条 18】</p> <p>可搬型代替直流電源設備は、可搬型代替低圧電源車の運転を継続することで、設計基準事故対処設備の交流電源及び直流電源の喪失から 24 時間にわたり必要な負荷に電力の供給を行うことができる設計とする。</p> <p>【72 条 19】</p>	V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】）	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.1 非常用発電装置</p> <p>(4) 可搬型代替低圧電源車</p>
	<p>可搬型代替直流電源設備は、非常用直流電源設備と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、可搬型代替低圧電源車の冷却方式を空冷とすることで、冷却方式が水冷である 2C・2D 非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機から給電する非常用直流電源設備に対して多様性を有する設計とする。また、可搬型整流器により交流電力を直流に変換できることで、125V 系蓄電池 A 系・B 系及び HPCS 系を用いる非常用直流電源設備に対して多様性を有する設計とする。</p> <p>【72 条 20】</p> <p>可搬型代替直流電源設備の可搬型代替低圧電源車及び可搬型整流器は、屋外の原子炉建屋付属棟から離れた場所に保管することで、原子炉建屋付属棟内の 2C・2D 非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機並びに 125V 系蓄電池 A 系・B 系及び HPCS 系と共通要因によって同時に機能を損なわないよう、位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【72 条 21】</p> <p>可搬型代替直流電源設備は、可搬型代替低圧電源車から直流 125V 主母線盤 2A・2B までの系統において、独立した電路で系統構成することにより、125V 系蓄電池 A 系・B 系から直流 125V 主母線盤 2A・2B までの系統に対して、独立性を有する設計とする。</p> <p>【72 条 22】</p> <p>これらの多様性及び位置的分散並びに電路の独立性によって、可搬型代替直流電源設備は非常用直流電源設備に対して独立性を有する設計とする。</p> <p>【72 条 23】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.7.1 非常用電源設備</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.1 非常用発電装置</p> <p>(4) 可搬型代替低圧電源車</p> <p>2.3 無停電電源装置</p> <p>(3) 可搬型整流器</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	可搬型代替直流電源設備の可搬型代替低圧電源車及び可搬型整流器の接続箇所は、共通要因によって接続できなくなることを防止するため、位置的分散を図った複数箇所に設置する設計とする。 【72条24】		
—	3.3 緊急時対策所用蓄電池 常用電源設備からの受電が喪失した場合に、緊急時対策所用メタルクラッド開閉装置等の制御電源に使用するため、緊急時対策所用125V系蓄電池（東海、東海第二発電所共用）を設ける設計とする。 【76条8】	V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】） V-1-1-4-別添2 設定根拠に関する説明書（別添）	2. 非常用電源設備の設計 2.2 電力貯蔵装置 (4) 緊急時対策所用125V系蓄電池
—	3.4 可搬型蓄電池 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備のうち、逃がし安全弁の機能回復のための重大事故等対処設備として、逃がし安全弁用可搬型蓄電池は、逃がし安全弁の作動に必要な常設直流電源系統が喪失した場合においても、逃がし安全弁の作動回路に接続することにより、逃がし安全弁（2個）を一定期間にわたり連続して開状態を保持できる設計とする。 【61条8】	V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】）	2. 非常用電源設備の設計 2.2 電力貯蔵装置 (5) 逃がし安全弁用可搬型蓄電池
3.5 計測制御用電源設備	3.5 計測制御用電源設備 設計基準対象施設の安全性を確保する上で特に必要な設備に対し、計測制御用電源設備として、無停電電源装置を施設する設計とする。 【45条5】	V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】） その他発電用原子炉の附属施設（非常用電源設備）要目表 非常用電源設備に係る機器の配置を明示した図面 9.1.2 その他の電源装置 構造図 9.1.2.1 無停電電源装置	（追加要求事項はないが、本工認で必要な設計） 2. 非常用電源設備の設計 2.3 無停電電源装置 (1) 非常用無停電電源装置
非常用の計測制御用電源設備は、計装用主母線盤2母線及び計装用分電盤1母線で構成する。	非常用の計測制御用電源設備は、計装用主母線盤2母線及び計装用分電盤3母線で構成する。 【45条28】	第1-4-4図 単線結線図（4/5）	2. 非常用電源設備の設計 2.3 無停電電源装置 (1) 非常用無停電電源装置
非常用の計測制御用電源設備は、計装用主母線盤等で構成し、核計装の監視による発電用原子炉の安全停止状態及び未臨界の維持状態の確認が可	非常用の計測制御用電源設備は、非常用低圧母線と非常用直流母線に接続する無停電電源装置及び計装用主母線盤等で構成し、核計装の監視によ	V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】）	2. 非常用電源設備の設計 2.3 無停電電源装置 (1) 非常用無停電電源装置

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
能な設計とする。	る発電用原子炉の安全停止状態及び未臨界の維持状態の確認が可能な設計とする。 【45条28】		
—	非常用の無停電電源装置は、外部電源喪失及び全交流動力電源喪失時から重大事故等に対処するために必要な電力の供給が常設代替交流電源設備から開始されるまでの間においても、非常用直流電源設備である蓄電池(非常用)から直流電源が供給されることにより、非常用無停電計装分電盤に対し電力供給を確保する設計とする。 【45条7】	V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書(その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】) その他発電用原子炉の附属施設(非常用電源設備) 要目表 非常用電源設備に係る機器の配置を明示した図面 9.1.2 その他の電源装置 構造図 9.1.2.1 無停電電源装置	(追加要求事項はないが、本工認で必要な設計) 2. 非常用電源設備の設計 2.3 無停電電源装置 (1) 非常用無停電電源装置
—	4. 燃料設備 4.1 軽油貯蔵タンクから非常用ディーゼル発電機等への給油 7日間の外部電源喪失を仮定しても、設計基準事故に対処するために必要な非常用ディーゼル発電機1台及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機1台を7日間並びに常設代替高圧電源装置2台を1日間運転することにより必要とする電力を供給できる容量以上の燃料を敷地内の軽油貯蔵タンクに貯蔵する設計とする。 【45条24】	V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書(その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】)	2. 非常用電源設備の設計 2.4 燃料設備 (1) 軽油貯蔵タンク及び燃料移送ポンプ
—	重大事故等時に、2C・2D 非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機の燃料は、軽油貯蔵タンク、2C 非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ、2D 非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプを用いて給油できる設計とする。 【72条43】	V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書(その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】)	2. 非常用電源設備の設計 2.4 燃料設備 (1) 軽油貯蔵タンク及び燃料移送ポンプ
—	4.2 軽油貯蔵タンクから常設代替高圧電源装置への給油 常設代替高圧電源装置は、軽油貯蔵タンクから常設代替高圧電源装置燃料移送ポンプを用いて燃料を補給できる設計とする。 【72条37】	V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書(その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】)	2. 非常用電源設備の設計 2.4 燃料設備 (1) 軽油貯蔵タンク及び燃料移送ポンプ

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>燃料給油設備の常設代替高压電源装置燃料移送ポンプは、屋内（常設代替高压電源装置置場）の非常用交流電源設備2C系、2D系及びHPCS系と異なる区画に設置することで、屋内（常設代替高压電源装置置場）の2C・2D非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ及び高压炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプと共通要因によって同時に機能を損なわないよう位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【72条38】</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.7.1 非常用電源設備</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.4 燃料設備</p> <p>(1) 軽油貯蔵タンク及び燃料移送ポンプ</p>
—	<p>4.3 緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンクから緊急時対策所用発電機への給油</p> <p>緊急時対策所用発電機の燃料は、緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク（東海、東海第二発電所共用）及び緊急時対策所用発電機給油ポンプ（東海、東海第二発電所共用）により補給できる設計とする。</p> <p>【76条7】</p>	<p>V-1-1-4-8-1 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用電源設備】）</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.4 燃料設備</p> <p>(4) 緊急時対策所用発電機燃料油貯蔵タンク及び緊急時対策所用発電機給油ポンプ</p>
—	<p>4.4 可搬型設備用軽油タンクから各機器への給油</p> <p>可搬型代替低压電源車、窒素供給装置用電源車及びタンクローリ（走行用の燃料タンク）は、可搬型設備用軽油タンクからタンクローリを用いて燃料を補給できる設計とする。</p> <p>【63条20】【65条29】【67条24】【72条34】</p>	<p>V-1-1-4-8-4 設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【補機駆動用燃料設備】）</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.4 燃料設備</p> <p>(2) タンクローリ</p> <p>(3) 可搬型設備用軽油タンク</p>
—	<p>燃料給油設備のタンクローリは、屋内（常設代替高压電源装置置場）の2C・2D非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ及び高压炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプから離れた屋外に保管することで、屋内（常設代替高压電源装置置場）の2C・2D非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ及び高压炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプと共通要因によって同時に機能を損なわないよう、位置的分散を図る設計とする。なお、予備のタンクローリについては、上記タンクローリと異なる場所に保管する設計とする。</p> <p>【72条35】</p> <p>可搬型設備用軽油タンクは、軽油貯蔵タンクと離れた屋外に設置することで、共通要因によって同時に機能を損なわないよう、位置的分散を図る</p>	<p>V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書</p> <p>2.1 多重性又は多様性及び独立性並びに位置的分散</p> <p>3.7.1 非常用電源設備</p> <p>3.7.6 補機駆動用燃料設備</p>	<p>2. 非常用電源設備の設計</p> <p>2.4 燃料設備</p> <p>(2) タンクローリ</p> <p>(3) 可搬型設備用軽油タンク</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	設計とする。 【72条36】		
5. 主要対象設備 非常用電源設備の対象となる主要な設備について、「表1 非常用電源設備の主要設備リスト」に示す。	5. 主要対象設備 非常用電源設備の対象となる主要な設備について、「表1 非常用電源設備の主要設備リスト」に示す。	—	— (「主要設備リスト」による)

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-9【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（その他附属施設常
用電源設備）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：常用電源設備】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子炉設備に関する技術基準を定める省令」, 「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
<p>第1章 共通項目</p> <p>常用電源設備の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象 (2.2 津波による損傷の防止を除く。), 3. 火災, 5. 設備に対する要求 (5.2 材料及び構造等, 5.3 使用中の亀裂等による破壊の防止, 5.4 耐圧試験等, 5.5 安全弁等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。</p>	<p>第1章 共通項目</p> <p>常用電源設備の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象 (2.2 津波による損傷の防止を除く。), 3. 火災, 5. 設備に対する要求 (5.2 材料及び構造等, 5.3 使用中の亀裂等による破壊の防止, 5.4 耐圧試験等, 5.5 安全弁等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。</p>	—	1. 共通的に適用される設計
<p>第2章 個別項目</p> <p>1. 保安電源設備</p> <p>1.1 発電所構内における電気系統の信頼性確保</p> <p>1.1.1 機器の損壊, 故障その他の異常の検知と拡大防止</p> <p>安全施設へ電力を供給する保安電源設備は, 電線路, 発電用原子炉施設において常時使用される発電機, 外部電源系及び非常用所内電源系から安全施設への電力の供給が停止することがないように, 発電機, 送電線, 変圧器, 母線等に保護継電器を設置し, 機器の損壊, 故障その他の異常を検知するとともに, 異常を検知した場合は, 空気遮断器, ガス遮断器あるいはメタルクラッド開閉装置等の遮断器が動作することにより, その拡大を防止する設計とする。</p>	<p>第2章 個別項目</p> <p>1. 保安電源設備</p> <p>1.1 発電所構内における電気系統の信頼性確保</p> <p>1.1.1 機器の損壊, 故障その他の異常の検知と拡大防止</p> <p>安全施設へ電力を供給する保安電源設備は, 電線路, 発電用原子炉施設において常時使用される発電機, 外部電源系及び非常用所内電源系から安全施設への電力の供給が停止することがないように, 発電機, 送電線, 変圧器, 母線等に保護継電器を設置し, 機器の損壊, 故障その他の異常を検知するとともに, 異常を検知した場合は, ガス絶縁開閉装置あるいはメタルクラッド開閉装置等の遮断器が動作することにより, その拡大を防止する設計とする。</p> <p>【45条8】</p>	<p>その他発電用原子炉の附属施設 (常用電源設備) 要目表</p> <p>常用電源設備に係る機器の配置を明示した図面</p> <p>9.2 常用電源設備</p> <p>V-1-1-4-8-2-1 設定根拠に関する説明書 (線路用 275kV 遮断器)</p> <p>V-1-9-2-1 常用電源設備の健全性に関する説明書</p> <p>2.1.1 機器の破損, 故障その他の異常の検知と拡大防止</p> <p>3.1.4 機器の破損, 故障その他の異常の検知と拡大防止</p> <p>3.2.1 機器の破損, 故障その他の異常の検知と拡大防止</p> <p>3.3.2 機器の破損, 故障その他の異常の検知と拡大防止</p> <p>3.4.1 機器の破損, 故障その他の異常の検知と拡大防止</p> <p>V-1-9-2-2 三相短絡容量計算書</p>	<p>(追加要求事項はないが, 本工認で必要な設計)</p> <p>2. 発電所構内における電気系統の信頼性確保に関する設計</p> <p>(1) 機器の破損, 故障その他の異常の検知と拡大防止に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
特に、重要安全施設に給電する系統においては、多重性を有し、系統分離が可能である母線で構成し、信頼性の高い機器を設置する。	特に、重要安全施設に給電する系統においては、多重性を有し、系統分離が可能である母線で構成し、信頼性の高い機器を設置する。 【45条9】	V-1-9-2-1 常用電源設備の健全性に関する説明書 3.1.4 機器の破損、故障その他の異常の検知と拡大防止 3.3.2 機器の破損、故障その他の異常の検知と拡大防止	2. 発電所構内における電気系統の信頼性確保に関する設計 (1) 機器の破損、故障その他の異常の検知と拡大防止に関する設計
常用高圧母線（メタルクラッド開閉装置で構成）は、7母線で構成し、通常運転時に必要な負荷を各母線に振り分け給電する。それぞれの母線から動力変圧器を通して降圧し、常用低圧母線（パワーセンタ及びモータコントロールセンタで構成）へ給電する。 また、高圧及び低圧母線等で故障が発生した際は、遮断器により故障箇所を隔離できる設計とし、故障による影響を局所化できるとともに、他の安全施設への影響を限定できる設計とする。	常用高圧母線（メタルクラッド開閉装置で構成）は、7母線で構成し、通常運転時に必要な負荷を各母線に振り分け給電する。それぞれの母線から動力変圧器を通して降圧し、常用低圧母線（パワーセンタ及びモータコントロールセンタで構成）へ給電する。 また、高圧及び低圧母線等で故障が発生した際は、遮断器により故障箇所を隔離できる設計とし、故障による影響を局所化できるとともに、他の安全施設への影響を限定できる設計とする。 【45条30】	—	— (追加要求事項なし)
常用の直流電源設備は、蓄電池、充電器、直流主母線盤等で構成する。 常用の直流電源設備は、タービンの非常用油ポンプ、発電機の非常用密封油ポンプ等へ給電する設計とする。	常用の直流電源設備は、蓄電池、充電器、直流主母線盤等で構成する。 常用の直流電源設備は、タービンの非常用油ポンプ、発電機の非常用密封油ポンプ等へ給電する設計とする。 【45条31】	—	— (追加要求事項なし)
常用の計測制御用電源設備は、計装用交流母線で構成する。	常用の計測制御用電源設備は、計装用交流母線で構成する。 【45条32】	—	— (追加要求事項なし)
常用電源設備の動力回路のケーブルは、負荷の容量に応じたケーブルを使用する設計とし、多重化した非常用電源設備の動力回路のケーブルの系統分離対策に影響を及ぼさない設計とするとともに、制御回路や計装回路への電氣的影響を考慮した設計とする。	常用電源設備の動力回路のケーブルは、負荷の容量に応じたケーブルを使用する設計とし、多重化した非常用電源設備の動力回路のケーブルの系統分離対策に影響を及ぼさない設計とするとともに、制御回路や計装回路への電氣的影響を考慮した設計とする。 【45条33】	—	— (追加要求事項なし)
	1.1.2 1相の電路の開放に対する検知及び電力の安定性回復 変圧器一次側において3相のうちの1相の電路の開放が生じた場合に検知できるよう、変圧器一次側の電路は、電路を筐体に内包する変圧器やガス絶縁開閉装置等により構成	V-1-9-2-1 常用電源設備の健全性に関する説明書 2.1.2 1相の電路の開放に対する検知及び電力の安定性回復 3.3.3 1相の電路の開放に対する検知及び電力の安定性回復	2. 発電所構内における電気系統の信頼性確保に関する設計 (2) 1相の電路の開放の検知及び電力の安定性回復に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	し、3相のうちの1相の電路の開放が生じた場合に保護継電器にて自動で故障箇所の隔離及び非常用母線の受電切替ができる設計とし、電力の供給の安定性を回復できる設計とする。		
	<p>送電線において3相のうちの1相の電路の開放が生じた場合、275kV送電線は1回線での電路の開放時に、安全施設への電力の供給が不安定にならないよう、多重化した設計とする。また、電力送電時、保護装置による3相の電流不平衡監視にて常時自動検知できる設計とする。さらに保安規定に定めている巡視点検を加えることで、保護装置による検知が期待できない場合の1相開放故障や、その兆候を早期に検知できる設計とする。</p> <p>154kV送電線は、各相の不足電圧継電器にて常時自動検知できる設計とする。</p> <p>275kV送電線及び154kV送電線において1相の電路の開放を検知した場合は、自動又は手動で故障箇所の隔離及び非常用母線の受電切替ができる設計とし、電力の供給の安定性を回復できる設計とする。</p> <p>【45条11】</p>	<p>V-1-9-2-1 常用電源設備の健全性に関する説明書</p> <p>2.1.2 1相の電路の開放に対する検知及び電力の安定性回復</p> <p>3.1.5 1相の電路の開放に対する検知及び電力の安定性回復</p> <p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>2. 発電所構内における電気系統の信頼性確保に関する設計</p> <p>(2) 1相の電路の開放の検知及び電力の安定性回復に関する設計</p>
<p>1.2 電線路の独立性及び物理的分離</p> <p>発電用原子炉施設は、重要安全施設がその機能を維持するために必要となる電力を当該重要安全施設に供給するため、電力系統に連系した設計とする。</p> <p>設計基準対象施設は、送受電可能な回線として275kV送電線（東京電力パワーグリッド株式会社東海原子力線）1ルート2回線及び受電専用の回線として154kV送電線（東京電力パワーグリッド株式会社村松線・原子力1号線）1ルート1回線の合計2ルート3回線にて、電力系統に接続する設計とする。</p> <p>275kV送電線2回線は、東京電力パワーグリッド株式会社那珂変電所に連系する設計とする。また、</p>	<p>1.2 電線路の独立性及び物理的分離</p> <p>発電用原子炉施設は、重要安全施設がその機能を維持するために必要となる電力を当該重要安全施設に供給するため、電力系統に連系した設計とする。</p> <p>【45条1】</p> <p>設計基準対象施設は、送受電可能な回線として275kV送電線（東京電力パワーグリッド株式会社東海原子力線）1ルート2回線及び受電専用の回線として154kV送電線（東京電力パワーグリッド株式会社村松線・原子力1号線）1ルート1回線の合計2ルート3回線にて、電力系統に接続する設計とする。</p> <p>【45条12】</p> <p>275kV送電線2回線は、東京電力パワーグリッド株式会社那珂変電所に連系する設計とする。また、</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
154kV送電線1回線は、東京電力パワーグリッド株式会社茨城変電所に連系し、さらに、上流側接続先である東京電力パワーグリッド株式会社那珂変電所に連系する設計とする。	154kV送電線1回線は、東京電力パワーグリッド株式会社茨城変電所に連系し、さらに、上流側接続先である東京電力パワーグリッド株式会社那珂変電所に連系する設計とする。 【45条13】		
	<p>上記2ルート3回線の送電線の独立性を確保するため、万一、送電線の上流側接続先である東京電力パワーグリッド株式会社那珂変電所が停止した場合でも、外部電源系からの電力供給が可能となるよう、東京電力パワーグリッド株式会社の新筑波変電所から西水戸変電所及び茨城変電所を経由するルートで本発電所に電力を供給することが可能な設計とすることを確認する。</p> <p>【45条14】</p> <p>また、東京電力パワーグリッド株式会社那珂変電所が停止した場合の、東京電力パワーグリッド株式会社の新筑波変電所から本発電所への電力供給については、あらかじめ定められた手順、体制等に基づき、昼夜問わず、確実に実施されることを確認する。</p> <p>【45条15】</p> <p>なお、東京電力パワーグリッド株式会社茨城変電所が停止した場合には、外部電源系からの電力供給が可能となるよう、東京電力パワーグリッド株式会社那珂変電所を経由するルートで本発電所に電力を供給することが可能な設計とすることを確認する。</p> <p>【45条16】</p>	<p>V-1-9-2-1 常用電源設備の健全性に関する説明書</p> <p>2.2 電線路の独立性及び物理的分離</p> <p>3.1.2 独立性が確保された電線路からの受電</p>	<p>3. 電線路の独立性及び物理的分離に関する設計</p> <p>(1) 送電システムの独立性に関する設計</p>
	<p>設計基準対象施設は、電線路のうち少なくとも1回線は、同一の送電鉄塔に架線されていない、他の回線と物理的に分離された送電線から受電する設計とする。</p> <p>【45条17】</p>	<p>V-1-9-2-1 常用電源設備の健全性に関する説明書</p> <p>2.2 電線路の独立性及び物理的分離</p> <p>3.1.3.1 送電線の物理的分離</p>	<p>3. 電線路の独立性及び物理的分離に関する設計</p> <p>(2) 送電システムの物理的分離に関する設計</p>
	<p>また、大規模な盛土の崩壊、大規模な地すべり、急傾斜地の崩壊に対し鉄塔基礎の安定性が確保され、台風等による強風発生時及び着氷雪の事故防止対策が図られ、送電線の近接箇所においては、必要な絶縁距離及び水平距離が確保された送電線から受電する設計とする。</p>	<p>V-1-9-2-1 常用電源設備の健全性に関する説明書</p> <p>2.2 電線路の独立性及び物理的分離</p> <p>3.1.3.2 鉄塔基礎の安定性</p> <p>3.1.3.3 送電線の強風対策</p>	<p>3. 電線路の独立性及び物理的分離に関する設計</p> <p>(2) 送電システムの物理的分離に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	【45条18】		
	<p>1.3 発電用原子炉施設への電力供給確保 設計基準対象施設に接続する電線路は、いずれの2回線が喪失した場合においても電力系統から発電用原子炉施設への電力の供給が停止しない設計とし、275kV送電線2回線は起動変圧器を介して接続するとともに、154kV送電線1回線は予備変圧器を介して接続する設計とする。</p> <p>【45条19】</p>	<p>V-1-9-2-1 常用電源設備の健全性に関する説明書 2.3 発電用原子炉施設の電力供給確保 3.3.1.1 2回線喪失時の電力供給継続</p>	<p>4. 発電用原子炉施設の電力供給確保に関する設計 (1) 電力の供給が同時に停止しない設計</p>
	<p>開閉所から主発電機側の送受電設備は、十分な支持性能を持つ地盤に設置するとともに、耐震性の高い、可とう性のある懸垂碍子及び重心の低いガス絶縁開閉装置を設置する設計とする。</p> <p>【45条20】</p> <p>さらに、防潮堤により津波の影響を受けないエリアに設置するとともに、塩害を考慮し、275kV送電線引留部の碍子に対しては、碍子洗浄ができる設計とし、154kV送電線引留部の碍子に対しては、絶縁強化を施した碍子を設置し、遮断器等に対しては、電路がタンクに内包されているガス絶縁開閉装置を設置する。</p> <p>【45条21】</p>	<p>V-1-9-2-1 常用電源設備の健全性に関する説明書 3.3.1.2 開閉所等の基礎 3.3.1.3 碍子及び遮断器等の耐震性 3.3.1.4 碍子及び遮断器等への津波の影響 3.3.1.5 碍子及び遮断器等の塩害対策</p>	<p>4. 発電用原子炉施設の電力供給確保に関する設計 (2) 送受電設備の耐震性、津波、塩害に関する設計</p>
<p>2. 主要対象設備 常用電源設備の対象となる主要な設備について、「表1 常用電源設備の主要設備リスト」に示す。</p>	<p>2. 主要対象設備 常用電源設備の対象となる主要な設備について、「表1 常用電源設備の主要設備リスト」に示す。</p>	—	— (「主要設備リスト」による)

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-10 【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（その他附属施設
補助ボイラー）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：補助ボイラー】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子力設備に関する技術基準を定める省令」, 「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
第1章 共通項目 補助ボイラー（以下, 所内ボイラという。）の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象（2.2 津波による損傷の防止を除く）, 3. 火災, 5. 設備に対する要求（5.2 材料及び構造等, 5.3 使用中の亀裂等による破壊の防止, 5.4 耐圧試験等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関を除く。）, 6. その他（6.3 安全避難通路等を除く。）」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	第1章 共通項目 補助ボイラー（以下, 所内ボイラという。）の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象（2.2 津波による損傷の防止を除く）, 3. 火災, 5. 設備に対する要求（5.2 材料及び構造等, 5.3 使用中の亀裂等による破壊の防止, 5.4 耐圧試験等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関を除く。）, 6. その他（6.3 安全避難通路等を除く。）」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	—	1. 共通的に適用される設計
第2章 個別項目 1. 所内ボイラ	第2章 個別項目 1. 所内ボイラ	—	—
1.1 所内ボイラの機能 発電用原子炉施設には, 設計基準事故に至るまでの間に想定される使用条件として, 液体廃棄物処理系, 屋外タンク配管の保温及び各種建屋の暖房用並びに主蒸気が使用できない場合のタービンのグランド蒸気に必要な蒸気を供給する能力を有する所内ボイラ（東海, 東海第二発電所共用（以下同じ。））を設置する。 所内ボイラは, 発電用原子炉施設の安全性を損なわない設計とする。	1.1 所内ボイラの機能 発電用原子炉施設には, 設計基準事故に至るまでの間に想定される使用条件として, 液体廃棄物処理系, 屋外タンク配管の保温及び各種建屋の暖房用並びに主蒸気が使用できない場合のタービンのグランド蒸気に必要な蒸気を供給する能力を有する所内ボイラ（東海, 東海第二発電所共用（以下同じ。））を設置する。 所内ボイラは, 発電用原子炉施設の安全性を損なわない設計とする。 【48条1】	—	— (追加要求事項なし)
1.2 所内ボイラの設計条件 所内ボイラは, ボイラ本体, 燃焼装置, 通風装置, 給水装置, 自動燃焼制御装置等で構成し, 蒸気を蒸気だめより所内蒸気系母管を経て, 蒸気を使用する各機器に供給できる設計とする。 蒸気使用機器で使用される蒸気のうち回収できるものは, 所内蒸気戻り系より所内ボイラの給水タ	1.2 所内ボイラの設計条件 所内ボイラは, ボイラ本体, 燃焼装置, 通風装置, 給水装置, 自動燃焼制御装置等で構成し, 蒸気を蒸気だめより所内蒸気系母管を経て, 蒸気を使用する各機器に供給できる設計とする。 蒸気使用機器で使用される蒸気のうち回収できるものは, 所内蒸気戻り系より所内ボイラの給水タ	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>ンクに集め、ボイラ用水として再使用し、給水使用量を低減できる設計とする。</p> <p>所内ボイラは、長期連続運転及び負荷変動に対応できる設計とし、設計基準事故時及び当該事故に至るまでの間に想定される全ての環境条件において、その機能を発揮できる設計とするとともに、所内ボイラの健全性及び能力を確認するため、必要な箇所の保守点検（試験及び検査を含む。）ができるよう設計する。</p>	<p>ンクに集め、ボイラ用水として再使用し、給水使用量を低減できる設計とする。</p> <p>【48条6】</p> <p>所内ボイラは、長期連続運転及び負荷変動に対応できる設計とし、設計基準事故時及び当該事故に至るまでの間に想定される全ての環境条件において、その機能を発揮できる設計とするとともに、所内ボイラの健全性及び能力を確認するため、必要な箇所の保守点検（試験及び検査を含む。）ができるよう設計する。</p> <p>【48条7】</p>		
<p>設計基準対象施設に施設する所内ボイラ及びその付属設備の耐圧部分に使用する材料は、安全な化学的成分及び機械的強度を有するとともに、耐圧部分の構造は、最高使用圧力及び最高使用温度において、発生する応力に対して安全な設計とする。</p>	<p>設計基準対象施設に施設する所内ボイラ及びその付属設備の耐圧部分に使用する材料は、安全な化学的成分及び機械的強度を有するとともに、耐圧部分の構造は、最高使用圧力及び最高使用温度において、発生する応力に対して安全な設計とする。</p> <p>【48条3】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>設計基準対象施設に施設する所内ボイラに属する主要な耐圧部の溶接部は、次のとおりとし、溶接事業者検査により適用基準及び適用規格に適合していることを確認する。</p> <p>イ. 不連続で特異な形状でない設計とする。</p> <p>ロ. 溶接による割れが生ずるおそれがなく、かつ、健全な溶接部の確保に有害な溶込み不良その他の欠陥がないことを非破壊試験により確認する。</p> <p>ハ. 適切な強度を有する設計とする。</p> <p>二. 適切な溶接施工法、溶接設備及び技能を有する溶接士であることを機械試験その他の評価方法によりあらかじめ確認する。</p>	<p>設計基準対象施設に施設する所内ボイラに属する主要な耐圧部の溶接部は、次のとおりとし、溶接事業者検査により適用基準及び適用規格に適合していることを確認する。</p> <p>イ. 不連続で特異な形状でない設計とする。</p> <p>ロ. 溶接による割れが生ずるおそれがなく、かつ、健全な溶接部の確保に有害な溶込み不良その他の欠陥がないことを非破壊試験により確認する。</p> <p>ハ. 適切な強度を有する設計とする。</p> <p>二. 適切な溶接施工法、溶接設備及び技能を有する溶接士であることを機械試験その他の評価方法によりあらかじめ確認する。</p> <p>【48条2】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>所内ボイラの汽水胴には、圧力の上昇による設備の損傷防止のため、最大蒸発量と同等容量以上の安全弁を設ける設計とする。</p>	<p>所内ボイラの汽水胴には、圧力の上昇による設備の損傷防止のため、最大蒸発量と同等容量以上の安全弁を設ける設計とする。</p> <p>【48条5】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>所内ボイラの汽水胴には、圧力の上昇による設備の損傷防止のため、ドラム内水位、ドラム内圧力等の運転状態を計測する装置を設ける設計とする。</p>	<p>所内ボイラの汽水胴には、圧力の上昇による設備の損傷防止のため、ドラム内水位、ドラム内圧力等の運転状態を計測する装置を設ける設計とする。</p> <p>【48条10】</p>	—	— (追加要求事項なし)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>所内ボイラは、所内ボイラの最大連続蒸発時において、熱的損傷が生ずることのないよう水を供給できる適切な容量の給水設備を設け、給水の入口及び蒸気の出口については、流路を速やかに遮断できる設計とする。</p>	<p>所内ボイラは、所内ボイラの最大連続蒸発時において、熱的損傷が生ずることのないよう水を供給できる適切な容量の給水設備を設け、給水の入口及び蒸気の出口については、流路を速やかに遮断できる設計とする。</p> <p>【48条8】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>所内ボイラは、ボイラ水の濃縮を防止し、及び水位を調整するために、所内ボイラ水を抜くことができる設計とする。</p>	<p>所内ボイラは、ボイラ水の濃縮を防止し、及び水位を調整するために、所内ボイラ水を抜くことができる設計とする。</p> <p>【48条9】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>所内ボイラから排出されるばい煙については、良質燃料(A重油)を使用することにより、硫黄酸化物排出量、窒素酸化物濃度及びばいじん濃度を低減する設計とする。</p>	<p>所内ボイラから排出されるばい煙については、良質燃料(A重油)を使用することにより、硫黄酸化物排出量、窒素酸化物濃度及びばいじん濃度を低減する設計とする。</p> <p>【48条11】</p>	—	— (追加要求事項なし)
<p>所内ボイラ設備及び所内蒸気系は、東海発電所と共用とするが、必要な容量をそれぞれ確保するとともに、接続部の弁を閉操作することにより隔離できる設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。</p>	<p>所内ボイラ設備及び所内蒸気系は、東海発電所と共用とするが、必要な容量をそれぞれ確保するとともに、接続部の弁を閉操作することにより隔離できる設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。</p> <p>【15条11】</p>	—	— (追加要求事項なし)

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-11 【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（その他附属施設
火災防護設備）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：火災防護設備】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用軽水型原子炉施設の火災防護に関する審査指針」による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置、構造及び設備の基準に関する規則」、「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」及びこれらの解釈並びに「実用発電用原子炉及びその附属施設の火災防護に係る審査基準」(平成25年6月19日原子力規制委員会)による。	—	— (用語の定義のみ)
第1章 共通項目 —	第1章 共通項目 火災防護設備の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象 (2.2 津波による損傷の防止は除く), 5. 設備に対する要求, 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	—	1. 共通的に適用される設計
第2章 個別項目 1. 火災防護設備の基本方針 火災により原子炉の安全性が損なわれないように, 「原子力発電所の火災防護指針」(日本電気協会 JEAG4607) に準じ, 火災の発生防止対策, 火災の検知及び消火対策並びに火災の影響軽減対策を組み合わせ対応する。	第2章 個別項目 1. 火災防護設備の基本設計方針 設計基準対象施設は, 火災により発電用原子炉施設の安全性を損なわれないよう, 火災防護上重要な機器等を設置する火災区域及び火災区画に対して, 火災防護対策を講じる。 【11条1】	V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書 2. 火災防護の基本方針	2. 火災防護対策を行う機器等の選定
—	発電用原子炉施設は, 火災によりその安全性を損なわれないように, 適切な火災防護対策を講じる設計とする。火災防護対策を講じる対象として「発電用軽水型原子炉施設の安全機能の重要度分類に関する審査指針」のクラス1, クラス2及び安全評価上その機能を期待するクラス3に属する構築物, 系統及び機器とする。 火災防護上重要な機器等は, 上記構築物, 系統及び機器のうち原子炉の高温停止及び低温停止を達成し, 維持するために必要な構築物, 系統及び機器並びに放射性物質の貯蔵又は閉じ込め機能を有する構築物, 系統及び機器とする。 【11条2】 原子炉の高温停止及び低温停止を達成し, 維持する	V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書 3. 火災防護の基本方針 3.1 火災防護対策を行う機器等の選定	2. 火災防護対策を行う機器等の選定

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>ために必要な構築物，系統及び機器は，発電用原子炉施設において火災が発生した場合に，原子炉の高温停止及び低温停止を達成し，維持するために必要な以下の機能を確保するための構築物，系統及び機器とする。</p> <ul style="list-style-type: none"> ① 原子炉冷却材圧力バウンダリ機能 ② 過剰反応度の印加防止機能 ③ 炉心形状の維持機能 ④ 原子炉の緊急停止機能 ⑤ 未臨界維持機能 ⑥ 原子炉冷却材圧力バウンダリの過圧防止機能 ⑦ 原子炉停止後の除熱機能 ⑧ 炉心冷却機能 ⑨ 工学的安全施設及び原子炉停止系への作動信号の発生機能 ⑩ 安全上特に重要な関連機能 ⑪ 安全弁及び逃がし弁の吹き止まり機能 ⑫ 事故時のプラント状態の把握機能 ⑬ 制御室外からの安全停止機能 <p>【11条3】 放射性物質の貯蔵又は閉じ込め機能を有する構築物，系統及び機器は，発電用原子炉施設において火災が発生した場合に，放射性物質の貯蔵又は閉じ込め機能を確保するために必要な構築物，系統及び機器とする。</p> <p>【11条4】 重大事故等対処施設は，火災により重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれないよう，重大事故等対処施設を設置する火災区域及び火災区画に対して，火災防護対策を講じる。</p> <p>【52条1】</p>		
—	<p>建屋等の火災区域は，耐火壁により囲まれ，他の区域と分離されている区域を，火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設の配置を系統分離も考慮して設定する。</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>3.2 火災区域及び火災区画の設定</p>	<p>3. 火災区域及び火災区画の設定</p> <p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(1) 火災の影響対策が必要な火災区域の分離</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>【11条5】【52条2】</p> <p>建屋内のうち、火災の影響軽減の対策が必要な原子炉の高温停止及び低温停止を達成し、維持するための安全機能を有する構築物、系統及び機器並びに放射性物質の貯蔵又は閉じ込め機能を有する構築物、系統及び機器を設置する火災区域は、3時間以上の耐火能力を有する耐火壁として、3時間耐火に設計上必要なコンクリート壁厚である150mm以上の壁厚を有するコンクリート壁や火災耐久試験により3時間以上の耐火能力を有することを確認した耐火壁（耐火隔壁、貫通部シール、防火扉、防火ダンパ等）により隣接する他の火災区域と分離するように設定する。</p> <p>【11条6】【52条2】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>3.2 火災区域及び火災区画の設定</p> <p>6.1 火災の影響軽減対策が必要な火災区域の分離</p>	<p>3. 火災区域及び火災区画の設定</p> <p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(1) 火災の影響対策が必要な火災区域の分離</p>
—	<p>火災区域又は火災区画のファンネルは、煙等流入防止装置の設置によって、他の火災区域又は火災区画からの煙の流入を防止する設計とする。</p> <p>【11条7】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>3.2 火災区域及び火災区画の設定</p>	<p>3. 火災区域及び火災区画の設定</p> <p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(1) 火災の影響対策が必要な火災区域の分離</p>
—	<p>屋外の火災区域は、他の区域と分離して火災防護対策を実施するために、火災防護上重要な機器等を設置する区域及び重大事故等対処施設の配置を考慮するとともに、延焼防止を考慮した管理を踏まえた区域を火災区域として設定する。</p> <p>【11条8】【52条3】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>3.2 火災区域及び火災区画の設定</p>	<p>3. 火災区域及び火災区画の設定</p> <p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(1) 火災の影響対策が必要な火災区域の分離</p>
—	<p>火災区画は、建屋内及び屋外で設定した火災区域を系統分離の状況及び壁の設置状況並びに重大事故等対処施設と設計基準事故対処設備の配置に応じて分割して設定する。</p> <p>【11条9】【52条4】</p> <p>設定する火災区域及び火災区画に対して、以下に示す火災の発生防止、火災の感知及び消火並びに火災の影響軽減のそれぞれを考慮した火災防護対策を講じる設計とする。</p> <p>なお、発電用原子炉施設のうち、火災防護上重要な機器等又は重大事故等対処施設に含まれない構築物、系統及び機器は、消防法、建築基準法、日本電気協会</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2. 火災防護の基本方針</p> <p>3.2 火災区域及び火災区画の設定</p>	<p>3. 火災区域及び火災区画の設定</p> <p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(1) 火災の影響対策が必要な火災区域の分離</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>電気技術規程・指針に基づき設備に応じた火災防護対策を講じる設計とする。</p> <p>【11条10】【52条5】</p>		
—	<p><u>発電用原子炉施設の火災防護上重要な機器等は、火災の発生防止、火災の早期感知及び消火並びに火災の影響軽減の3つの深層防護の概念に基づき、必要な運用管理を含む火災防護対策を講じることを保安規定に定めて、管理する。</u></p> <p><u>重大事故等対処施設は、火災の発生防止、火災の早期感知及び消火の必要な運用管理を含む火災防護対策を講じることを保安規定に定めて、管理する。</u></p> <p><u>重大事故等対処設備のうち、可搬型重大事故等対処設備に対する火災防護対策についても保安規定に定めて、管理する。</u></p> <p><u>その他の発電用原子炉施設については、消防法、建築基準法、日本電気協会電気技術規程・指針に基づき設備に応じた火災防護対策を講じることを保安規定に定めて、管理する。</u></p> <p><u>外部火災については、安全施設及び重大事故等対処施設を外部火災から防護するための運用等について保安規定に定めて、管理する。</u></p> <p>【11条11】【52条6】</p>	<p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部></p> <p>—</p>
	<p>消火系のうち電動機駆動消火ポンプ、ディーゼル駆動消火ポンプ、構内消火用ポンプ、ディーゼル駆動構内消火ポンプ、原水タンク、ろ過水貯蔵タンク及び多目的タンクは、東海発電所と共用とするが、必要な容量をそれぞれ確保するとともに、発電用原子炉施設間の接続部の弁を閉操作することにより隔離できる設計とすることで、安全性を損なわない設計とする。</p> <p>【15条17】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>5.2 消火設備について</p> <p>5.2.2 機能設計</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.3 消火設備</p>
<p>2. 火災の発生防止対策</p> <p>2.1 発火性、引火性材料の予防措置</p> <p>2.1.1 設備の対策</p> <p>(1) 潤滑油及び燃料油を内包する設備の対策</p>	<p>(1) 火災発生防止</p> <p>a. 火災の発生防止対策</p> <p>火災の発生防止における発火性又は引火性物質に対する火災の発生防止対策は、火災区域に設置する潤滑油又は燃料油を内包する設備</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.1 火災発生防止</p> <p>4.1 発電用原子炉施設の火災発生防止について</p>	<p>4. 火災発生防止</p> <p>(1) 火災発生防止対策の設計</p> <p>a. 発火性又は引火性物質に対する火災の発生防止対策</p> <p>(a) 潤滑油及び燃料油を内包する設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	並びに水素を内包する設備を対象とする。 【11条12】【52条7】		(b) 水素を内包する設備
<p>潤滑油及び燃料油を内包する設備は、オイルパン、ドレンリム及び堰による漏えい防止対策を講じるとともに、ポンプの軸受部は溶接構造又はシール構造とする。</p> <p>配管及びタンクは原則溶接構造とする。</p> <p>また、安全機能を有する構造物、系統及び機器を設置する火災区域で使用する潤滑油及び燃料油は、必要以上に貯蔵しない。</p>	<p>潤滑油又は燃料油を内包する設備は、溶接構造、シール構造の採用による漏えいの防止対策を講じるとともに、堰等を設置し、漏えいした潤滑油又は燃料油が拡大することを防止する設計とし、潤滑油又は燃料油を内包する設備の火災により発電用原子炉施設の安全機能及び重大事故等に対処する機能を損なわないよう、壁の設置又は隔離による配置上の考慮を行う設計とする。</p> <p>【11条13】【52条8】</p> <p>潤滑油又は燃料油を内包する設備を設置する火災区域は、空調機器による機械換気又は自然換気を行う設計とする。</p> <p>【11条14】【52条9】</p> <p>潤滑油又は燃料油を貯蔵する設備は、貯蔵量を一定時間の運転に必要な量にとどめる設計とする。</p> <p>【11条15】【52条10】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.1 火災発生防止</p> <p>4.1 発電用原子炉施設の火災発生防止について</p>	<p>4. 火災発生防止</p> <p>(1) 火災発生防止対策の設計</p> <p>a. 発火性又は引火性物質に対する火災の発生防止対策</p> <p>(a) 潤滑油及び燃料油を内包する設備</p>
<p>(2) 水素を内包する設備の対策</p> <p>水素を内包する設備及び機器には、気体廃棄物処理設備及び蓄電池がある。</p> <p>これらの設備及び機器は、以下に示す漏えい防止及び換気等による防爆対策を講じることにより火災の発生を防止する。</p> <p>a. 配管及び機器は原則溶接構造とし、弁は溶接構造、ベローズ弁やリークオフ等の漏えい防止構造とする。</p> <p>b. 溶接構造としている配管設置区域以外は、以下に示すとおり換気により雰囲気中での水素の滞留を防止する。</p> <p>(a) 気体廃棄物処理設備の構成機器を設置する区画は、空調装置にて換気する。</p>	<p>水素を内包する設備のうち気体廃棄物処理設備及び発電機水素ガス冷却設備の配管等は水素の漏えいを考慮した溶接構造とし、弁グラウンド部から水素の漏えいの可能性のある弁は、ベローズ弁等を用いて防爆の対策を行う設計とし、水素を内包する設備の火災により、発電用原子炉施設の安全機能及び重大事故等に対処する機能を損なわないよう、壁の設置による配置上の考慮を行う設計とする。</p> <p>【11条16】【52条11】</p> <p>水素を内包する設備である蓄電池、気体廃棄物処理設備、発電機水素ガス冷却設備及び水素ポンペを設置する火災区域又は火災区画は、送風機及び排風機による機械換気を行い、水素濃</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.1 火災発生防止</p> <p>4.1 発電用原子炉施設の火災発生防止について</p>	<p>4. 火災発生防止</p> <p>(1) 火災発生防止対策の設計</p> <p>a. 発火性又は引火性物質に対する火災の発生防止対策</p> <p>(b) 水素を内包する設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>(b) 蓄電池室は、充電中に内部から水素が放出されることから、送風機及び排風機で換気する。</p>	<p>度を燃焼限界濃度以下とする設計とする。</p> <p>【11条17】【52条12】</p> <p>水素ポンベは、運転上必要な量のみを貯蔵する設計とする。また、通常時はポンベ元弁を閉とする運用とする。</p> <p>【11条18】【52条13】</p> <p>火災の発生防止における水素漏えい検出は、蓄電池室の上部に水素濃度検出器を設置し、水素の燃焼限界濃度である4 vol%の1/4以下の濃度にて中央制御室に警報を発する設計とする。</p> <p>気体廃棄物処理設備内の水素濃度については、水素濃度計により中央制御室で常時監視ができる設計とし、水素濃度が上昇した場合には中央制御室に警報を発する設計とする。</p> <p>発電機水素ガス冷却設備は、水素消費量を管理するとともに、発電機内の水素純度、水素圧力を中央制御室で常時監視ができる設計とし、発電機内の水素純度や水素圧力が低下した場合には中央制御室に警報を発する設計とする。</p> <p>水素ポンベを設置する火災区域又は火災区画については、通常時はポンベ元弁を閉とする運用とし、機械換気により水素濃度を燃焼限界濃度以下とするように設計することから、水素濃度検出器は設置しない設計とする。</p> <p>【11条19】【52条14】</p> <p>蓄電池室の換気設備が停止した場合には、中央制御室に警報を発する設計とする。また、蓄電池室には、直流開閉装置やインバータを設置しない。</p> <p>【11条20】【52条15】</p>		
<p>(3) 換気設備の対策</p> <p>換気設備で使用するチャコールフィルタは、固体廃棄物として処理するまでの間、鋼製容器内に収納</p>	<p>放射性廃棄物処理設備及び放射性廃棄物貯蔵設備において、崩壊熱が発生し、火災事象に至るような放射性廃棄物を貯蔵しない設計と</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>4.1 発電用原子炉施設の火災発生防止について</p>	<p>4. 火災発生防止</p> <p>(1) 火災発生防止対策の設計</p> <p>f. 放射性廃棄物の処理及び貯蔵設備の火災の発生</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
し保管する。	<p>する。また、放射性物質を含んだ使用済イオン交換樹脂、チャコールフィルタ及びHEPAフィルタは、固体廃棄物として処理を行うまでの間、金属容器や不燃シートに包んで保管する設計とする。</p> <p>放射性廃棄物処理設備及び放射性廃棄物貯蔵設備の換気設備は、火災時に他の火災区域や環境への放射性物質の放出を防ぐために、換気設備の停止及び隔離弁の閉止により、隔離ができる設計とする。</p> <p>【11条21】【52条16】</p>		防止対策
—	<p>火災の発生防止のため、火災区域において有機溶剤を使用する場合は必要量以上持ち込まない運用とし、可燃性の蒸気が滞留するおそれがある場合は、使用する作業場所において、換気、通風、拡散の措置を行うとともに、建屋の送風機及び排風機による機械換気により滞留を防止する設計とする。</p> <p>【11条22】【52条17】</p> <p>火災区域又は火災区画において、発火性又は引火性物質を内包する設備は、溶接構造の採用及び機械換気等により、「電気設備に関する技術基準を定める省令」第六十九条及び「工場電気設備防爆指針」で要求される爆発性雰囲気とならない設計とするとともに、当該の設備を設ける火災区域又は火災区画に設置する電気・計装品の必要な箇所には、接地を施す設計とする。</p> <p>【11条23】【52条18】</p> <p>火災の発生防止のため、可燃性の微粉を発生する設備及び静電気が溜まるおそれがある設備を火災区域に設置しないことによって、可燃性の微粉及び静電気による火災の発生を防止する設計とする。</p> <p>【11条24】【52条19】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.1 火災発生防止</p> <p>4.1 発電用原子炉施設の火災発生防止について</p>	<p>4. 火災発生防止</p> <p>(1) 火災発生防止対策の設計</p> <p>b. 可燃性の蒸気又は可燃性の微粉の対策</p>
—	火災の発生防止のため、発火源への対策とし	V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明	4. 火災発生防止

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>て、設備を金属製の筐体内に収納する等、火花が設備外部に出ない設備を設置するとともに、高温部分を保温材で覆うことによって、可燃性物質との接触防止や潤滑油等可燃物の過熱防止を行う設計とする。</p> <p>【11条25】【52条20】</p>	<p>書</p> <p>2.1 火災発生防止</p> <p>4.1 発電用原子炉施設の火災発生防止について</p>	<p>(1) 火災発生防止対策の設計</p> <p>c. 発火源への対策</p>
<p>2.2 電気設備の過電流による過熱防止対策</p> <p>電気系統は、地絡及び短絡に起因する過電流による過熱防止のため、過負荷継電器又は過電流継電器等の保護継電装置と遮断器の組合せにより故障機器系統の早期遮断を行い、過熱及び焼損の未然防止を図る。</p>	<p>火災の発生防止のため、発電用原子炉施設内の電気系統は、保護継電器及び遮断器によって故障回路を早期に遮断し、過電流による過熱及び焼損を防止する設計とする。</p> <p>【11条26】【52条21】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.1 火災発生防止</p> <p>4.1 発電用原子炉施設の火災発生防止について</p>	<p>4. 火災発生防止</p> <p>(1) 火災発生防止対策の設計</p> <p>d. 過電流による過熱防止対策</p>
—	<p>電気室は、電源供給のみに使用する設計とする。</p> <p>【11条27】【52条22】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>4.1 発電用原子炉施設の火災発生防止について</p>	<p>4. 火災発生防止</p> <p>(1) 火災発生防止対策の設計</p> <p>g. 電気室の目的外使用の禁止</p>
—	<p>火災の発生防止のため、放射線分解により水素が発生する火災区域又は火災区画における、水素の蓄積防止対策として、社団法人火力原子力発電技術協会「BWR配管における混合ガス（水素・酸素）蓄積防止に関するガイドライン（平成17年10月）」等に基づき、原子炉の安全性を損なうおそれがある場合には水素の蓄積を防止する設計とする。</p> <p>【11条28】【52条23】</p> <p>重大事故等時の原子炉格納容器内及び建屋内の水素については、重大事故等対処施設にて、蓄積防止対策を行う設計とする。</p> <p>【52条24】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.1 火災発生防止</p> <p>4.1 発電用原子炉施設の火災発生防止について</p>	<p>4. 火災発生防止</p> <p>(1) 火災発生防止対策の設計</p> <p>e. 放射線分解等により発生する水素の蓄積防止対策</p>
<p>2.3 不燃性材料、難燃性材料の使用</p> <p>安全機能を有する構築物、系統及び機器は、以下のとおり不燃性又は難燃性材料を使用する。</p> <p>(1) 構築物は、不燃性である鉄筋コンクリート及び鋼材により構成する。</p> <p>(2) 機器、配管、ダクト、トレイ、電線管及びこれらの支持構造物は、主要な構造材に不燃性である</p>	<p>b. 不燃性材料又は難燃性材料の使用</p> <p>火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設は、不燃性材料又は難燃性材料を使用する設計とし、不燃性材料又は難燃性材料が使用できない場合は、不燃性材料又は難燃性材料と同等以上の性能を有するもの（以下「代替材料」という。）を使用する設計、若しくは、当該構築物、系統及び機器の機能を確保するために必</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.1 火災発生防止</p> <p>4.2 不燃性材料又は難燃性材料の使用について</p>	<p>4. 火災発生防止</p> <p>(2) 不燃性材料又は難燃性材料の使用</p> <p>a. 適用方針</p> <p>b. 部材ごとの設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>金属を使用する。</p> <p>(3) 安全機能を有するケーブルは、実用上可能な限り IEEE Standard for Type Test of Class 1E Electric Cables, Field Splices, and Connections for Nuclear Power Generating Stations」(IEEE Std 383-1974) 又は電気学会技術報告Ⅱ部第139号(昭和57年11月)の垂直トレイ燃焼試験に合格した難燃性ケーブルを使用する。また、必要に応じ延焼防止塗料を使用する。</p> <p>(4) 建屋内における変圧器は乾式とし、遮断器は実用上可能な限りオイルレスとする。</p> <p>(5) 安全機能を有する動力盤及び制御盤は、不燃性である鋼製の筐体、塩化ビニル等難燃性の配線ダクト及びテフロン等実用上可能な限り難燃性の電線を使用する。</p> <p>(6) 換気設備のフィルタは、チャコールフィルタを除き難燃性のガラス繊維を使用する。</p> <p>(7) 保温材は、不燃性の金属保温並びに難燃性のロックウール、グラスウール等を使用する。</p> <p>(8) 建屋内装材は、実用上可能な限り不燃性材料及び難燃性材料を使用する。</p>	<p>要な代替材料の使用が技術上困難な場合は、当該構築物、系統及び機器における火災に起因して他の火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設において火災が発生することを防止するための措置を講じる設計とする。</p> <p>【11条29】【52条25】</p> <p>火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設のうち、機器、配管、ダクト、トレイ、電線管、盤の筐体及びこれらの支持構造物の主要な構造材は、ステンレス鋼、低合金鋼、炭素鋼等の金属材料又はコンクリートの不燃性材料を使用する設計とする。</p> <p>ただし、配管のパッキン類は、その機能を確保するために必要な代替材料の使用が技術上困難であるため、金属で覆われた狭隘部に設置し直接火炎に晒されることのない設計とする。</p> <p>【11条30】【52条26】</p> <p>金属に覆われたポンプ及び弁等の駆動部の潤滑油並びに金属に覆われた機器躯体内部に設置する電気配線は、発火した場合でも他の火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設に延焼しないことから、不燃性材料又は難燃性材料でない材料を使用する設計とする。</p> <p>【11条31】【52条27】</p> <p>火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設に使用する保温材は、原則、平成12年建設省告示第1400号に定められたもの又は建築基準法で不燃性材料として認められたものを使用する設計とする。</p> <p>【11条32】【52条28】</p> <p>火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設を設置する建屋の内装材は、建築基準法で不燃性材料として認められたものを使用する設計とする。</p> <p>【11条33】【52条29】</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>ただし、管理区域の床に塗布されている耐放射線性のコーティング剤は、不燃性材料であるコンクリート表面に塗布すること、難燃性が確認された塗料であること、加熱源を除去した場合はその燃焼部が広がらないこと、原子炉格納容器内を含む建屋内に設置する火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設は、不燃性又は難燃性の材料を使用し、その周辺における可燃物を管理することから、難燃性材料を使用する設計とする。</p> <p>また、中央制御室の床面は、防災性能を有するカーペットを使用する設計とする。</p> <p>【11条34】【52条30】</p> <p>火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設に使用するケーブルは、実証試験により自己消火性（UL 垂直燃焼試験）及び耐延焼性（IEEE 383（光ファイバケーブルの場合はIEEE 1202）垂直トレイ燃焼試験）を確認した難燃ケーブルを使用する設計とする。</p> <p>【11条35】【52条31】</p> <p>ただし、実証試験により耐延焼性等が確認できない放射線モニタケーブル及び重大事故等対処施設である通信連絡設備の機器本体に使用する専用ケーブルは、難燃ケーブルと同等以上の性能を有する設計とするか、代替材料の使用が技術上困難な場合は、当該ケーブルの火災に起因して他の火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設において火災が発生することを防止するための措置を講じる設計とする。</p> <p>【11条36】【52条32】</p> <p>また、上記ケーブル以外の非難燃ケーブルについては、原則、難燃ケーブルに取り替えて使用する設計とするが、ケーブルの取替に伴い安</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>全上の課題が生じる場合には、難燃ケーブルを使用した場合と同等以上の難燃性能を確保できる代替措置（複合体）を施す設計又は電線管に収納する設計とする。</p> <p>【11条37】【52条33】</p> <p>(a) 代替措置（複合体）を施す設計</p> <p>複合体を構成する防火シートには、複合体の難燃性能を確保し形状を維持するため、不燃性、遮炎性、耐久性及び被覆性を確認する実証試験等でそれらの性能を有することを確認し、またケーブル及びケーブルトレイに悪影響を及ぼさないため、電氣的機能、非腐食性及び重量増加の実証試験等でケーブル及びケーブルトレイに影響を与えないことを確認したシートを使用する設計とする。</p> <p>上記性能を有する防火シートを用いて形成する複合体は、イ. に示す複合体外部の火災を想定した場合に必要な設計を行った上で、ロ. に示す複合体内部の発火を想定した場合に必要な設計を加えることで、難燃ケーブルを使用した場合と同等以上の難燃性能を確保する設計とする。</p> <p>【11条39】【52条35】</p> <p>イ. 複合体外部の火災を想定した場合の設計</p> <p>複合体は、複合体外部の火災に対して、燃焼の3要素（熱（火炎）、酸素量、可燃物）のうち熱（火炎）を遮断するため、以下の(イ)～(ニ)に示すとおり非難燃ケーブルの露出を防止することにより、難燃ケーブルを使用した場合と同等以上の難燃性能が確保できる設計とする。また、複合体は、耐延焼性を確認する実証試験にて自</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>己消火し燃え止まること、及び延焼による損傷長が難燃ケーブルよりも短くなることを確認する。</p> <p>【11条40】【52条36】</p> <p>(イ) 非難燃ケーブル及びケーブルトレイを、防火シートに重ね代を設けながら覆う。防火シート間重ね代は、ハ. に示す複合体の耐延焼性を確認する実証試験によって自己消火し燃え止まること、延焼による損傷長が難燃ケーブルよりも短くなることを確認した重ね代を確保する。さらに、基準地震動S₀による外力（以下「外力（地震）」という。）が加わっても重ね代を確保するため、この重ね代に外力（地震）に対する防火シートの被覆性の実証試験で確認されるずれの大きさに裕度を確保した値を加えた重ね代とする。</p> <p>防火シート重ね部の重ね回数は、ケーブル及びケーブルトレイの機能が損なわれないように、熱の蓄積による影響として、複合体形成後の電流値が設計基準におけるトレイ形状での電流値と比較し、通電機能が損なわれない電流低減度合いであり、かつケーブルトレイの重量増加の影響として、ケーブルトレイの重量余裕以内である重ね回数とする。</p> <p>【11条41】【52条37】</p> <p>(ロ) 防火シートで覆った状態を維持するため、防火シートは、結束ベルトで固定する。防火シートは、外力（地震）に対する防火シートの被覆性の実証試験で外れないことを確認した結束ベルトによりシート重ね部を固定することに加えて、非難燃ケーブルが露出しないこと</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>を確認した間隔にて固定する。</p> <p>【11条42】【52条38】</p> <p>(ハ) 施工後、複合体の難燃性能を維持する上で、防火シートのずれ、隙間及び傷の範囲を考慮し、これらの範囲を外力（地震）に対する防火シートの被覆性を実証試験により確認した防火シートをケーブル表面に沿わせて有意な隙間がないように巻き付ける。</p> <p>【11条43】【52条39】</p> <p>(ニ) 防火シートの隙間が拡大することを抑えるため、外力（地震）に対する防火シートの被覆性の実証試験で外れないことを確認したファイアストップにより防火シート重ね部を押え付ける。</p> <p>【11条44】【52条40】</p> <p>ロ. 複合体内部の発火を想定した場合の設計</p> <p>複合体は、短絡又は地絡に起因する過電流により複合体内部の非難燃ケーブルが発火した火災に対して、酸素量を抑制するために以下の（イ）に示す複合体内部を閉鎖空間とする措置を講じるとともに、複合体外部への延焼を抑制するために以下の（ロ）に示す複合体外部への火炎の噴出を防止する措置を講じることにより、難燃ケーブルを使用した場合と同等以上の難燃性能が確保できる設計とする。</p> <p>また、複合体は、複合体内部ケーブルの耐延焼性を確認する実証試験によって過電流が継続しない場合は自己消火し燃え止まること、及び遮炎性を確認する実証試験によって防火シートで複合体内部の火炎が遮られ外部に噴出しないことを確認</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>する。</p> <p>【11 条 45】【52 条 41】</p> <p>(イ) 複合体内部を閉鎖空間とする措置</p> <p>i. ケーブルトレイが火災区画の境界となる壁, 天井又は床を貫通する部分に 3 時間以上の耐火能力を確認した耐火シールを処置する。</p> <p>ii. ファイアストップは, 耐延焼性の実証試験で特定した延焼の可能性のあるトレイ敷設方向で, 防火シート重ね部を押え付けるようケーブルトレイに設置する。</p> <p>iii. ファイアストップは, 耐延焼性の実証試験で複合体が燃え止まることを確認したファイアストップにて防火シートを押え付ける。</p> <p>iv. 施工後, 複合体の難燃性能を維持する上で, 防火シートのずれ, 隙間及び傷の範囲を考慮し, これらの範囲を外力(地震)に対する防火シートの被覆性を実証試験により確認した防火シートをケーブル表面に沿わせ, 有意な隙間がないように巻き付ける。</p> <p>【11 条 46】【52 条 42】</p> <p>(ロ) 複合体外部への火炎の噴出を防止する措置</p> <p>i. ケーブル及びケーブルトレイを, 防火シートに重ね代を設けながら覆う。防火シートの重ね代は, イ.(イ)で設計した重ね代とする。</p> <p>ii. 防火シートで覆った状態を維持するため, 防火シートは, 結束ベルトで固定する。防火シートは, 外力(地震)に対する防火シートの被覆性の実証</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>試験で外れないことを確認した結束ベルトによりシート重ね部を固定することに加えて、非難燃ケーブルが露出しないことを確認した間隔にて固定する。</p> <p>iii. 防火シートの隙間が拡大することを抑えるため、外力（地震）に対する防火シートの被覆性の実証試験で外れないことを確認したファイアストップパにより防火シート重ね部を押え付ける。</p> <p>【11条47】【52条43】</p> <p>ハ. 複合体の仕様、構造及び寸法 以上の設計方針により設計した複合体を構成する防火シート、結束ベルト及びファイアストップパの仕様並びに複合体の構造及び寸法を以下に示す。</p> <p>(イ) 防火シートの仕様 以下の i. ~viii. に示す試験で性能を確認した防火シートと同一仕様であり、同試験を満足する性能を有する防火シートを使用する。</p> <p>【11条48】【52条44】</p> <p>i. 不燃性 実証試験：発熱性試験 一般財団法人 日本建築総合試験所 防耐火性能試験・評価業務方法書 8A-103-01 判定基準 ・総発熱量が 8 MJ/m² 以下であること ・防火上有害な裏面まで貫通するき</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>裂及び穴がないこと</p> <ul style="list-style-type: none"> ・最高発熱速度が, 10 秒以上継続して 200 kW/m² を超えないこと <p>【11 条 49】 【52 条 45】</p> <p>ii. 遮炎性</p> <p>実証試験:</p> <p>(i) 遮炎・準遮炎性能試験 (70 分)</p> <p>一般財団法人 日本建築総合試験所 防耐火性能試験・評価業務方法書</p> <p>8A-103-01</p> <p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・火炎が通るき裂等の損傷及び隙間を生じないこと ・非加熱面で 10 秒を超えて継続する発熱がないこと ・非加熱面で 10 秒を超えて連続する火炎の噴出がないこと <p>(ii) 過電流模擬試験 (ヒータ加熱)</p> <p>複合体内部に一層敷設した高圧電力ケーブルに対して, マイクロヒータを取り付け, 絶縁材及びシース材の発火温度を超える温度で加熱する。</p> <p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・発火したケーブルの火炎が複合体外部へ噴出しないこと <p>【11 条 50】 【52 条 46】</p> <p>iii. 耐久性</p> <p>(i) 熱劣化試験・放射線照射試験</p> <p>実証試験: 熱劣化試験, 放射線照射試験</p> <p>電気学会技術報告 II 部第 139 号</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>(原子力発電所用電線・ケーブルの環境試験方法ならびに耐延焼性試験方法に関する推奨案)</p> <p>(ii) 耐寒性 実証試験：耐寒性試験 「JIS C 3605 600V ポリエチレンケーブル」の耐寒</p> <p>(iii) 耐水性 実証試験：耐水性試験 「JIS K 5600-6-2 塗料一般試験方法-第6部：塗膜の化学的性質-第2節：耐液体性（水浸せき法）」</p> <p>(iv) 耐薬品性 実証試験：耐薬品性試験 「JIS K 5600-6-1 塗料一般試験方法-第6部：塗膜の化学的性質-第1節：耐液体性（一般的方法）」</p> <p>(v) 耐油 実証試験：耐油試験 「JIS C 2320の1種 2号絶縁油」</p> <p>(vi) 耐塩水性 実証試験：耐塩水性試験 「JIS K 5600」 判定基準((i)～(vi)共通) ・外観に割れ, 膨れ, 変色のないこと</p> <p>【11条51】【52条47】</p> <p>iv. 外力（地震）に対する被覆性 実証試験：加振試験 基準地震動S_sにおいて裕度を持った試験加速度を設定し実施 なお, 防火シート間重ね代の設定値</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>に保守性を考慮するため防火シート重ね部のずれを測定する。</p> <p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ケーブルが外部に露出しないこと <p>【11条52】【52条48】</p> <p>v. 電気的機能</p> <p>(i) 通電機能</p> <p>実証試験：電流低減率試験</p> <p>「IEEE 848-1996 に準じた試験方法」</p> <p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・電流低減率が設計の範囲内であること <p>(ii) 絶縁機能</p> <p>実証試験：絶縁抵抗試験</p> <p>「JIS C 3005 ゴム・プラスチック絶縁電線試験方法」の絶縁抵抗に準拠</p> <p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・2500 MΩ・km 以上であること <p>実証試験：耐電圧試験</p> <p>「JIS C 3605 600V ポリエチレンケーブル」の耐電圧試験に準拠</p> <p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・防火シートの施工前後で1分間の規定電圧印加に耐えること <p>【11条53】【52条49】</p> <p>vi. 非腐食性</p> <p>実証試験：pH試験</p> <p>「JIS K 6833-1 接着剤—一般試験方法—第1部：基本特性の求め方」のpH</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・中性の範囲 (p H6~8) <p>vii. 重量増加</p> <p>評価内容：防火シート等の施工による重量増加がケーブルトレイの設計の範囲内であることを確認</p> <p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・ケーブルトレイの設計の範囲内 (重量余裕の範囲内) <p>【11 条 54】 【52 条 50】</p> <p>viii. 耐延焼性</p> <p>実証試験：</p> <p>(i) 複合体外部の火災を想定した試験</p> <p>① ケーブル種類ごとの耐延焼性</p> <p>IEEE Std 383-1974 垂直トレイ燃焼試験を基礎とした「電気学会技術報告Ⅱ部第 139 号 (原子力発電所用電線・ケーブルの環境試験方法ならびに耐延焼性試験方法に関する推奨案)」の燃焼条件に準拠した方法</p> <p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・複合体が燃え止まること ・複合体の損傷長が難燃ケーブルの損傷長 (1010 mm) より短いこと <p>【11 条 55】 【52 条 51】</p> <p>② 加熱熱量の違いによる耐延焼性</p> <p>①の試験で最も複合体の損傷長が長いケーブルを用いて、①の燃焼条件のうち加熱熱量を変化させる。 (加熱熱量は 20 kW, 30 kW にて試</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>験を行う)</p> <p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・複合体が燃え止まること ・複合体の損傷長が難燃ケーブルの損傷長 (20 kW:1780 mm, 30 kW:2030 mm) より短いこと <p>【11条56】【52条52】</p> <p>③ 複合体構成要素のばらつきを組合せた耐延焼性</p> <p>①の試験で最も複合体の損傷長が長いケーブルを用いて、複合体損傷長が最も長くなるように構成品のばらつきを組合せた複合体を①の燃焼条件にて燃焼させる。</p> <p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・複合体が燃え止まること ・複合体の損傷長が難燃ケーブルの損傷長 (1780 mm) より短いこと <p>【11条57】【52条53】</p> <p>(ii) 複合体内部の発火を想定した試験</p> <p>① 内部ケーブルの耐延焼性</p> <ul style="list-style-type: none"> ・延焼の可能性のあるトレイ敷設方向を特定するため、水平、勾配(45°)、垂直トレイにおいて(i) ①の試験で最も複合体の損傷長が長いケーブルを用いた複合体の内部ケーブルを、(i)①の燃焼条件にて直接燃焼させる。 ・特定したトレイ敷設方向に対してファイアストッパを設置し燃焼させる。 <p>判定基準</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>・燃え止まること</p> <p>【11条58】【52条54】</p> <p>(iii) 複合体が不完全な状態を仮定した場合の性能評価の確認</p> <p>① 複合体外部の火災を想定した試験</p> <p>(i)①の試験で最も複合体の損傷長が長いケーブルを用いて、複合体のケーブルが露出した不完全な状態でも燃え止まることを(i)①の燃焼条件にて燃焼させる。</p> <p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・複合体が燃え止まること ・複合体の損傷長が難燃ケーブルの損傷長(1780 mm)より短いこと <p>② 複合体内部の発火を想定した試験</p> <p>(i)①の試験で最も複合体の損傷長が長いケーブルを用いて、ファイアストップが1つ脱落した場合を想定し、防火シートが剥がれたこととした複合体の内部ケーブルを、(i)①の燃焼条件にて直接燃焼させる。</p> <p>このとき、加熱源とファイアストップによる防火シートの押さえ箇所までの間を1750 mmとする。</p> <p>判定基準</p> <ul style="list-style-type: none"> ・複合体内部のケーブルが燃え止まること ・外部の火災を想定した場合の難燃ケーブルの損傷長(1780 mm)より短いこと <p>【11条59】【52条55】</p> <p>(ロ) 結束ベルトの仕様</p> <p>以下の i. 及び ii. に示す試験で性能</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>を確認した結束ベルトと同一仕様であり、同試験を満足する性能を有する結束ベルトを使用する。</p> <p>i. 耐久性</p> <p>(i) 熱劣化試験・放射線照射試験 実証試験：熱劣化試験，放射線照射試験 電気学会技術報告Ⅱ部第139号(原子力発電所用電線・ケーブルの環境試験方法ならびに耐延焼性試験方法に関する推奨案)</p> <p>(ii) 耐寒性 実証試験：耐寒性試験 「JIS C 3605 600V ポリエチレンケーブル」の耐寒</p> <p>(iii) 耐水性 実証試験：耐水性試験 「JIS K 5600-6-2 塗料一般試験法-第6部：塗膜の化学的性質 -第2節：耐液体性（水浸せき法）」</p> <p>(iv) 耐薬品性 実証試験：耐薬品性試験 「JIS K 5600-6-1 塗料一般試験法-第6部：塗膜の化学的性質 -第1節：耐液体性（一般的方法）」</p> <p>判定基準 ((i)~(iv)共通) ・外観に割れ，膨れ，変色のないこと</p> <p>【11条60】【52条56】</p> <p>ii. 外力（地震）に対する被覆性 実証試験：加振試験 基準地震動 S_s において裕度を持った試験加速度を設定し実施 判定基準</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>・結束ベルトが外れないこと</p> <p>・ケーブルが外部に露出しないこと</p> <p>【11条61】【52条57】</p> <p>(ハ) ファイアストップパの仕様</p> <p>以下の i. 及び ii. に示す試験で性能を確認したファイアストップパと同一仕様であり, 同試験を満足する性能を有するファイアストップパを使用する。</p> <p>i. 外力(地震)に対する被覆性</p> <p>実証試験: 加振試験</p> <p>基準地震動 S_s において裕度を持った試験加速度を設定し実施</p> <p>判定基準</p> <p>・ファイアストップパが外れないこと(垂直トレイのみ)</p> <p>ii. 耐延焼性</p> <p>実証試験: 複合体内部の発火を想定した試験</p> <p>(i) 内部ケーブルの耐延焼性</p> <p>(イ) vii. (ii) の試験方法及び判定基準と同様</p> <p>【11条62】【52条58】</p> <p>(ニ) 複合体の構造及び寸法</p> <p>複合体の構造及び寸法は, 防火シート, 結束ベルト及びファイアストップパの性能を(イ)~(ハ)に示す試験で確認する結果を基に, 以下の i. ~vii. のとおり設定する。</p> <p>【11条63】【52条59】</p> <p>i. 防火シート間重ね代</p> <p>(イ) ii. (ii) 及び(イ) vii. の試験を満足する重ね代に, (イ) iv. の試験で確</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>認される防火シートのずれの大きさに裕度を確保した値を加えた重ね代を設定する。</p> <p>ただし、最も施工範囲が広い直線形トレイについては、以下のvii.を満足する範囲内で施工性を考慮して上限値を設定する。</p> <p>ii. 防火シートとケーブル間の隙間 (イ) vii. (iii)の試験を満足する隙間の範囲内とするため、防火シートとケーブル間に有意な隙間がないよう防火シートを巻き付ける。</p> <p>iii. 結束ベルト間隔 (ロ) ii. の試験を満足することを確認した間隔以内となる間隔を設定する。</p> <p>iv. ファイアストップ設置対象 (ハ) ii. の試験にて延焼の可能性があると特定したトレイ敷設方向を対象に設定する。</p> <p>v. ファイアストップの押さえ付け時寸法 (ハ) ii. の試験を満足するファイアストップの押さえ付け時寸法以内となる寸法を設定する。</p> <p>vi. ファイアストップ間隔 (ハ) i. の試験を満足するファイアストップ間隔未満とする。</p> <p>vii. 防火シートの巻き付け回数 熱の蓄積による影響として、複合体形成後の電流値が、新たに敷設するケーブル選定時に使用する設計基準におけるトレイ形状での電流値と比較し、通電機能が損なわれない電流低減度合いであり、かつケーブルトレイの重量</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>増加の影響として、ケーブルトレイの重量余裕以内である巻き付け回数を設定する。</p> <p>【11条64】【52条60】</p> <p>(b) 電線管に収納する設計</p> <p>複合体とするケーブルトレイから火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設に接続するために電線管で敷設される非難燃ケーブルは、火災を想定した場合にも延焼が発生しないように、電線管に収納するとともに、電線管の両端は電線管外部からの酸素供給防止を目的として、難燃性の耐熱シール材を処置する設計とする。</p> <p>【11条65】【52条61】</p> <p>火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設のうち、換気空調設備のフィルタはチャコールフィルタを除き、「JIS L 1091（繊維製品の燃焼性試験方法）」又は「JACA No.11A-2003（空気清浄装置用ろ材燃焼性試験方法指針（公益社団法人日本空気清浄協会）」を満足する難燃性材料を使用する設計とする。</p> <p>【11条66】【52条62】</p> <p>火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設のうち、屋内の変圧器及び遮断器は、可燃性物質である絶縁油を内包していないものを使用する設計とする。</p> <p>【11条67】【52条63】</p>		
<p>2.4 落雷、地震等の自然現象による火災の発生防止</p> <p>原子炉施設内の構築物、系統及び機器は、以下のとおり落雷、地震の自然現象により火災が生じることがないように防護した設計とする。</p> <p>2.4.1 避雷設備</p> <p>原子炉施設の避雷設備として、建築基準法施工令</p>	<p>c. 自然現象による火災の発生防止</p> <p>自然現象として、地震、津波（重大事故等対処施設については、敷地に遡上する津波を含む。）、洪水、風（台風）、竜巻、凍結、降水、積雪、落雷、火山の影響、生物学的事象、森林火災及び高潮を考慮する。</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.1 火災発生防止</p> <p>4.3 落雷、地震等の自然現象による火災発生防止について</p>	<p>4. 火災発生防止</p> <p>(3) 落雷・地震等の自然現象による火災発生防止について</p> <p>a. 落雷による火災発生防止</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
に従い、原子炉格納施設等に避雷針を設け、落雷による火災発生を防止する。	<p>これらの自然現象のうち、火災を発生させるおそれのある落雷、地震、竜巻（風（台風）を含む。）及び森林火災について、これらの現象によって火災が発生しないように、以下のとおり火災防護対策を講じる設計とする。</p> <p>落雷によって、発電用原子炉施設内の構築物、系統及び機器に火災が発生しないよう、避雷設備の設置及び接地網の敷設を行う設計とする。</p> <p>【11条68】【52条64】</p>		
<p>2.4.2 耐震設計</p> <p>安全機能を有する構築物、系統及び機器は、「発電用原子炉施設に関する耐震設計審査指針」の耐震設計上の重要度分類に従った耐震設計を行い、破損又は倒壊を防ぐことにより火災発生を防止する。</p>	<p>火災防護上重要な機器等は、耐震クラスに応じて十分な支持性能をもつ地盤に設置する設計とするとともに、「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則の解釈」（平成25年6月19日原子力規制委員会）に従い、耐震設計を行う設計とする。</p> <p>【11条69】</p> <p>重大事故等対処施設は、施設の区分に応じて十分な支持性能をもつ地盤に設置する設計とするとともに、「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則の解釈」（平成25年6月19日原子力規制委員会）に従い、耐震設計を行う設計とする。</p> <p>【52条65】</p> <p>火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設は、森林火災から、防火帯による防護により、火災発生防止を講じる設計とし、竜巻（風（台風）を含む。）から、竜巻防護対策設備の設置、固縛及び常設代替高圧電源装置の燃料油が漏えいした場合の拡大防止対策等により、火災の発生防止を講じる設計とする。</p> <p>【11条69-1】【52条66】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.1 火災発生防止</p> <p>4.3 落雷、地震等の自然現象による火災発生防止について</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p>	<p>4. 火災発生防止</p> <p>(3) 落雷・地震等の自然現象による火災発生防止について</p> <p>b. 地震による火災の発生防止</p>
<p>3. 火災の検知及び消火対策</p> <p>安全機能を有する構築物、系統及び機器に使用する材料は、実用上可能な限り不燃性又は難燃性とし、火</p>	<p>(2)火災の感知及び消火</p> <p>火災区域又は火災区画の火災感知設備及び消火設備は、火災防護上重要な機器等及び重大事故等対</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.2 火災の感知及び消火</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.1 要求機能及び性能目標</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>災の発生を防止するための予防措置を講じていることから、火災の可能性は小さいが、万一の場合に備え、火災報知設備及び消火設備を設ける。</p>	<p>処施設に対して火災の影響を限定し、早期の火災感知及び消火を行う設計とする。</p> <p>【11条70】【52条67】</p> <p>火災感知設備及び消火設備は、「1.(1)c. 自然現象による火災の発生防止」で抽出した自然現象に対して、火災感知及び消火の機能、性能が維持できる設計とする。</p> <p>火災感知設備及び消火設備については、火災区域及び火災区画に設置された火災防護上重要な機器等の耐震クラス及び重大事故等対処施設の区分に応じて、地震に対して機能を維持できる設計とする。</p> <p>【11条71】【52条68】</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.1.2 機能設計</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p>	
<p>3.1 火災報知設備</p> <p>火災報知設備は、火災感知器及び火災受信機等で構成する。</p> <p>3.1.1 火災感知器</p> <p>火災感知器は、火災の発生による原子炉に外乱が及び、かつ、原子炉保護設備又は工学的安全施設作動設備の作動を要求される場合の高温停止を達成するために必要な系統及び機器、原子炉を低温停止するために必要な系統及び機器、放射性物質の抑制されない放出を防止するために必要な系統及び機器並びにそれらが機能する必要な計測制御系、電源系及び冷却系等の関連系の設置区域に設置する。ただし、これら区域に設置される系統及び機器が火災による悪影響を受ける可能性がない場合等は、火災感知器を設置しない。</p> <p>3.1.2 火災感知器設置要領</p> <p>(1) 火災感知器は、消防法施行規則に準じて、煙感知器又は熱感知器を設置する。</p> <p>(2) 火災感知器の電源は、通常時は常用低圧母線から給電するが、交流電源喪失時には、火災受信機の蓄電池から給電することにより、その機能を失わない</p>	<p>a. 火災感知設備</p> <p>火災感知設備の火災感知器（一部「東海、東海第二発電所共用」（以下同じ。））は、火災区域又は火災区画における放射線、取付面高さ、温度、湿度、空気流等の環境条件、予想される火災の性質を考慮し、火災感知器を設置する火災区域又は火災区画の火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設の種類に応じ、火災を早期に感知できるように、固有の信号を発するアナログ式の煙感知器及びアナログ式の熱感知器の異なる種類の火災感知器を組み合わせで設置する設計とする。</p> <p>ただし、発火性又は引火性の雰囲気を形成するおそれのある場所及び屋外等は、環境条件や火災の性質を考慮し、非アナログ式の炎感知器（赤外線方式）、非アナログ式の防爆型熱感知器、非アナログ式の防爆型煙感知器、非アナログ式の屋外仕様の炎感知器（赤外線方式）、アナログ式の屋外仕様の熱感知カメラ及び非アナログ式の熱感知器も含めた組み合わせで設置する設計とする。</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.2 火災の感知及び消火</p> <p>5.1 火災感知設備について</p> <p>5.1.2 機能設計</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.2 火災感知設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>ようにする。</p>	<p>非アナログ式の火災感知器は、環境条件等を考慮することにより誤作動を防止する設計とする。</p> <p>なお、アナログ式の屋外仕様の熱感知カメラ及び非アナログ式の屋外仕様の炎感知器(赤外線方式)は、監視範囲に火災の検知に影響を及ぼす死角がないように設置する設計とする。</p> <p>【11条72】【52条69】</p>		
<p>3.1.3 火災受信機設置要領</p> <p>火災受信機は中央制御室に設置し、火災発生時には警報を発信するとともに、火災発生区域を表示できるようにする。</p>	<p>火災感知設備のうち火災受信機盤は中央制御室に設置し、火災感知設備の作動状況を常時監視できる設計とする。また、火災受信機盤は、構成されるアナログ式の受信機により作動した火災感知器を1つずつ特定できる設計とする。</p> <p>屋外の海水ポンプエリアを監視するアナログ式の屋外仕様の熱感知カメラの火災受信機盤においては、カメラ機能による映像監視(熱サーモグラフィ)により火災発生箇所の特定制が可能となる設計とする。</p> <p>火災感知器は、自動試験機能又は遠隔試験機能により点検ができる設計とする。</p> <p>自動試験機能又は遠隔試験機能を持たない火災感知器は、機能に異常がないことを確認するため、消防法施行規則に準じ、煙等の火災を模擬した試験を実施する。</p> <p>【11条73】【52条70】</p> <p>火災感知設備は、外部電源喪失時又は全交流動力電源喪失時においても火災の感知が可能となるように蓄電池を設け、電源を確保する設計とする。また、火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設を設置する火災区域又は火災区画の火災感知設備の電源は、非常用電源、常設代替高圧電源装置又は緊急時対策所用発電機からの受電も可能な設計とする。</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.2 火災の感知及び消火</p> <p>5.1 火災感知設備について</p> <p>5.1.2 機能設計</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.2 火災感知設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>【11条74】【52条71】</p> <p>火災区域又は火災区画の火災感知設備は、凍結等の自然現象によっても、機能、性能が維持できる設計とする。</p> <p>【11条75】【52条72】</p> <p>屋外に設置する火災感知設備は、-20℃まで気温が低下しても使用可能な火災感知設備を設置する設計とする。</p> <p>屋外の火災感知設備は、火災感知器の予備を保有し、万一、風水害の影響を受けた場合にも、早期に取替を行うことにより機能及び性能を復旧する設計とする。</p> <p>【11条76】【52条73】</p>		
<p>3.2 消火設備</p> <p>消火設備は、消火栓設備、二酸化炭素消火設備、全域ハロン消火設備及び消火器で構成する。</p> <p>3.2.1 消火設備設置対象区域</p> <p>(1) 火災防護上、以下の区域に消火設備を設置する。</p> <p>a. 原子炉格納容器, 原子炉建屋, タービン建屋等には、すべての区域の消火活動に対処できるように屋内又は屋外に消火栓を設置する。</p> <p>b. 火災の影響軽減対策として、火災荷重の大きいディーゼル発電機室には、二酸化炭素消火設備を設置する。また、ケーブルが密集しているフロアケーブルダクトには、全域ハロン消火設備を設置する。</p> <p>3.2.2 消火設備の設置要領</p> <p>消火設備は、「消防法施行令」に準じて設置する。なお、汚染の可能性のある消火排水が建屋外へ流出するおそれがある場合には、建屋外に通じる出入口部に堰又はトレンチあるいは床面スロープを設置し、消火排水を床ドレンより液体廃棄物処理設備に導く。</p> <p>3.2.3 消火用水供給設備</p> <p>消火栓への消火用水供給設備は、中央制御室で水</p>	<p>b. 消火設備</p> <p>火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設を設置する火災区域又は火災区画の消火設備は、破損、誤作動又は誤操作が起きた場合においても、原子炉を安全に停止させるための機能又は重大事故等に対処するために必要な機能を有する電気及び機械設備に影響を与えない設計とし、火災発生時の煙の充満又は放射線の影響により消火活動が困難となるところは、自動消火設備又は手動操作による固定式ガス消火設備を設置して消火を行う設計とする。火災発生時の煙の充満又は放射線の影響により消火活動が困難とならないところは、消火器又は水により消火を行う設計とする。</p> <p>なお、消火設備の破損、誤作動又は誤操作に伴う溢水による安全機能及び重大事故等に対処する機能への影響については、浸水防護設備の基本設計方針にて確認する。</p> <p>【11条77】【52条74】</p> <p>原子炉格納容器は、運転中は窒素に置換され火災は発生せず、内部に設置された火災防護上</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.2 火災の感知及び消火</p> <p>5.2 消火設備について</p> <p>5.2.2 機能設計</p> <p>V-1-1-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.3 消火設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>位を監視できるろ過水貯蔵タンク、電動機駆動消火ポンプ、ディーゼル駆動消火ポンプ及び消火用水配管等で構成する。消火用水は、これらの消火ポンプで建屋内外に布設された消火用水配管に導かれ、必要箇所に送水される。また、消火ポンプ故障時には、中央制御室に警報を発信する。ろ過水貯蔵タンク及び消火ポンプの仕様を第1表に示す。</p> <p>3.3 消火設備の破損、誤動作又は誤動作対策</p> <p>消火設備は、以下のとおり破損、誤動作又は誤操作によって安全機能を有する構築物、系統及び機器の安全機能を喪失しないようにする。</p> <p>(1) 消火設備は、安全機能を有する構築物、系統及び機器に対し、地震に伴う波及的影響を及ぼさないようにする。</p> <p>(2) ディーゼル発電機は、二酸化炭素消火設備の誤動作又は誤操作により、ディーゼル機関内の燃焼が阻害されることがないように、ディーゼル機関に外気を直接吸気し、室外へ排気する。</p>	<p>重要な機器等が火災により機能を損なうおそれはないことから、原子炉起動中並びに低温停止中の状態に対して措置を講じる設計とし、消火については、消火器又は消火栓を用いた消火ができる設計とする。火災の早期消火を図るために、原子炉格納容器内の消火活動の手順を定めて、自衛消防隊（運転員、消防隊）の訓練を実施する。</p> <p>【11条78】</p> <p>なお、原子炉格納容器内において火災が発生した場合、原子炉格納容器の空間体積(約9800m³)に対してページ用排風機の容量が約16980m³/hであることから、煙が充満しないため、消火活動が可能であることから、消火器又は消火栓を用いた消火ができる設計とする。</p> <p>【11条79】【52条75】</p> <p>中央制御室は、消火器で消火を行う設計とし、中央制御室制御盤内の火災については、電気機器への影響がない二酸化炭素消火器で消火を行う設計とする。また、中央制御室床下コンクリートピットについては、中央制御室からの手動操作により早期の起動も可能なハロゲン化物自動消火設備(局所)を設置する設計とする。</p> <p>【11条80】【52条76】</p>		
—	<p>火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設を設置する火災区域又は火災区画の消火設備は、以下の設計を行う。</p> <p>【11条81】【52条77】</p> <p>(a) 消火設備の消火剤の容量</p> <p>イ. 消火設備の消火剤は、想定される火災の性質に応じた十分な容量を確保するため、消防法施行規則及び試験結果に基づく容量を配備する設計とする。</p> <p>【11条82】【52条78】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.2 火災の感知及び消火</p> <p>5.2 消火設備について</p> <p>5.2.2 機能設計</p> <p>V-1-1-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.3 消火設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>ロ. 消火用水供給系は、2時間の最大放水量を確保する設計とする。</p> <p>【11条83】【52条79】</p> <p>ハ. 屋内、屋外の消火栓は、消防法施行令に基づく容量を確保する設計とする。</p> <p>【11条84】【52条80】</p>		
—	<p>(b) 消火設備の系統構成</p> <p>イ. 消火用水供給系の多重性又は多様性</p> <p>屋内消火用水供給系の水源は、ろ過水貯蔵タンク、多目的タンクを設置し、構内(屋外)消火用水供給系は、多目的タンク、原水タンクを設置し多重性を有する設計とする。</p> <p>屋内消火用水供給系の消火ポンプは、電動機駆動消火ポンプ、ディーゼル駆動消火ポンプを設置し、多様性を有する設計とする。</p> <p>構内(屋外)消火用水供給系の消火ポンプは、電動機駆動の構内消火用ポンプ、ディーゼル駆動構内消火ポンプを設置し、多様性を有する設計とする。</p> <p>【11条85】【52条81】</p> <p>ディーゼル駆動消火ポンプ及びディーゼル駆動構内消火ポンプの駆動用燃料は、それぞれディーゼル駆動消火ポンプ用燃料タンク(東海、東海第二発電所共用)及びディーゼル駆動構内消火ポンプに付属する燃料タンクに貯蔵する。</p> <p>【11条86】【52条82】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.2 火災の感知及び消火</p> <p>5.2 消火設備について</p> <p>5.2.2 機能設計</p> <p>V-1-1-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.3 消火設備</p>
—	<p>ロ. 系統分離に応じた独立性</p> <p>原子炉の高温停止及び低温停止を達成し、維持するために必要な構築物、系統及び機器の相互の系統分離を行うために設けられた火災区域又は火災区画に設置さ</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.2 火災の感知及び消火</p> <p>5.2 消火設備について</p> <p>5.2.2 機能設計</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.3 消火設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>れるハロゲン化物自動消火設備（全域）、ハロゲン化物自動消火設備（局所）及び二酸化炭素自動消火設備（全域）は、以下に示すとおり系統分離に応じた独立性を備えた設計とする。</p> <p>（イ） 動的機器である選択弁は多重化する。</p> <p>（ロ） 容器弁及びポンペを必要数より1つ以上多く設置する。</p> <p>【11条87】</p> <p>重大事故等対処施設は、重大事故に対処する機能と設計基準事故対処設備の安全機能が単一の火災によって同時に機能喪失しないよう、区分分離や位置的分散を図る設計とする。</p> <p>重大事故等対処施設のある火災区域又は火災区画、及び設計基準事故対処設備のある火災区域又は火災区画に設置するハロゲン化物自動消火設備（全域）、ハロゲン化物自動消火設備（局所）及び二酸化炭素自動消火設備（全域）は、上記の区分分離や位置的分散に応じた独立性を備えた設計とする。</p> <p>【52条83】</p>		
—	<p>ハ. 消火用水の優先供給</p> <p>消火用水供給系は、飲料水系や所内用水系等と共用する場合には、隔離弁を設置して遮断する措置により、消火用水の供給を優先する設計とする。</p> <p>【11条88】【52条84】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>5.2 消火設備について</p> <p>5.2.2 機能設計</p>	
—	<p>（c） 消火設備の電源確保</p> <p>ディーゼル駆動消火ポンプ及びディーゼル駆動構内消火ポンプは、外部電源喪失時にもディーゼル機関を起動できるように蓄電池を設け、電源を確保する設計とする。</p> <p>【11条89】【52条85】</p> <p>二酸化炭素自動消火設備（全域）、ハロゲン化物自動消火設備（全域）、ハロゲン化物</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.2 火災の感知及び消火</p> <p>5.2 消火設備について</p> <p>5.2.2 機能設計</p> <p>V-1-1-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.3 消火設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>自動消火設備（局所）（ケーブルトレイ用は除く。）は、外部電源喪失時にも消火ができるように、非常用電源から受電するとともに、設備の作動に必要な電源を供給する蓄電池も設け、全交流動力電源喪失時にも電源を確保する設計とする。</p> <p>ケーブルトレイ用のハロゲン化物自動消火設備（局所）については、作動に電源が不要な設計とする。</p> <p>【11条90】【52条86】</p>		
—	<p>(d) 消火設備の配置上の考慮</p> <p>イ. 火災による二次的影響の考慮</p> <p>ハロゲン化物自動消火設備（全域）及び二酸化炭素自動消火設備（全域）のボンベ及び制御盤は、火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設に悪影響を及ぼさないよう、消火対象となる機器が設置されている火災区域又は火災区画と別の区画に設置する設計とする。</p> <p>【11条91】【52条87】</p> <p>また、ハロゲン化物自動消火設備（全域）及び二酸化炭素自動消火設備（全域）は、電気絶縁性の高いガスを採用し、火災の火炎、熱による直接的な影響のみならず、煙、流出流体、断線及び爆発等の二次的影響が、火災が発生していない火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設に影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>ハロゲン化物自動消火設備（局所）は、電気絶縁性の高いガスを採用するとともに、ケーブルトレイ用のハロゲン化物自動消火設備（局所）及び電源盤・制御盤用のハロゲン化物自動消火設備（局所）については、ケーブルトレイ内又は盤内に消火剤を留める設計とする。</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.2 火災の感知及び消火</p> <p>5.2 消火設備について</p> <p>5.2.2 機能設計</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.3 消火設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>また、消火対象と十分に離れた位置にポンベ及び制御盤を設置することで、火災の火炎、熱による直接的な影響のみならず、煙、流出流体、断線及び爆発等の二次的影響が、火災が発生していない火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設に影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【11条92】【52条88】</p> <p>消火設備のポンベは、火災による熱の影響を受けても破損及び爆発が発生しないよう、ポンベに接続する安全弁によりポンベの過圧を防止する設計とする。</p> <p>【11条93】【52条89】</p> <p>また、防火ダンパを設け、煙の二次的影響が火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設に悪影響を及ぼさない設計とする。</p> <p>【11条94】【52条90】</p>		
—	<p>ロ. 管理区域からの放出消火剤の流出防止</p> <p>管理区域内で放出した消火剤は、放射性物質を含むおそれがあることから、管理区域外への流出を防止するため、管理区域と非管理区域の境界に堰等を設置するとともに、各フロアの建屋内排水系により液体廃棄物処理設備に回収し、処理する設計とする。</p> <p>【11条95】【52条91】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>5.2 消火設備について</p> <p>5.2.2 機能設計</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.3 消火設備</p>
—	<p>ハ. 消火栓の配置</p> <p>火災防護上重要な機器等及び重大事故等対処施設を設置する火災区域又は火災区画に設置する屋内、屋外の消火栓は、消防法施行令に準拠し、すべての火災区域又は火災区画の消火活動に対処できるよう</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.2 火災の感知及び消火</p> <p>5.2 消火設備について</p> <p>5.2.2 機能設計</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.3 消火設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	に配置する設計とする。 【11条96】【52条92】		
—	(e) 消火設備の警報 イ. 消火設備の故障警報 電動機駆動消火ポンプ, 構内消火用ポンプ, ディーゼル駆動消火ポンプ, ディーゼル駆動構内消火ポンプ, ハロゲン化物自動消火設備(全域), ハロゲン化物自動消火設備(局所)及び二酸化炭素自動消火設備(全域)は, 電源断等の故障警報を中央制御室に発する設計とする。 【11条97】【52条93】	V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書 2.2 火災の感知及び消火 5.2 消火設備について 5.2.2 機能設計	5. 火災の感知及び消火 5.3 消火設備
—	ロ. 固定式ガス消火設備の職員退避警報 固定式ガス消火設備であるハロゲン化物自動消火設備(全域), ハロゲン化物自動消火設備(局所)(ケーブルトレイ用及び電源盤・制御盤用を除く)及び二酸化炭素自動消火設備(全域)は, 作動前に職員等の退出ができるように警報又は音声警報を発する設計とする。 ケーブルトレイ用及び電源盤・制御盤用のハロゲン化物自動消火設備(局所)は, 消火剤に毒性がなく, 消火時に生成されるフッ化水素は防火シートを設置したケーブルトレイ内又は金属製の盤内に留まり, 外部に有意な影響を及ぼさないため, 消火設備作動前に退避警報を発しない設計とする。 【11条98】【52条94】	V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書 5.2 消火設備について 5.2.2 機能設計	5. 火災の感知及び消火 5.3 消火設備
3.4 自然現象に対する火災報知設備及び消火設備の性能維持	(f) 消火設備に対する自然現象の考慮	V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書 2.2 火災の感知及び消火 V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷防止に関する説明書	5. 火災の感知及び消火 5.3 消火設備

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>火災報知設備及び消火設備の耐震重要度分類はCクラスとする。また、屋外消火栓は凍結防止構造とする。さらに、消火設備を内蔵する建屋、構築物等は、台風に対し消火設備の性能が著しく阻害されないよう建築基準法施行令等に基づき設計する。</p>	<p>イ. 凍結防止対策 屋外消火設備の配管は、保温材により配管内部の水が凍結しない設計とする。 屋外消火栓は、凍結を防止するため、自動排水機構により消火栓内部に水が溜まらないような構造とする設計とする。 【11条99】【52条95】</p> <p>ロ. 風水害対策 消火用水供給系の消火設備を構成する電動機駆動消火ポンプ、構内消火用ポンプ、ディーゼル駆動消火ポンプ、ディーゼル駆動構内消火ポンプ、ハロゲン化物自動消火設備（全域）、ハロゲン化物自動消火設備（局所）及び二酸化炭素自動消火設備（全域）は、風水害により性能が著しく阻害されることがないように、建屋内に設置する設計とする。 【11条100】【52条96】</p> <p>ハ. 地盤変位対策 地震時における地盤変位対策として、水消火配管のレイアウト、配管支持長さからフレキシビリティを考慮した配置とすることで、地盤変位による変形を配管系統全体で吸収する設計とする。さらに、屋外消火配管が破断した場合でも移動式消火設備を用いて屋内消火栓へ消火用水の供給ができるよう、建屋に給水接続口を設置する設計とする。 【11条101】【52条97】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書 2.2 火災の感知及び消火 5.2 消火設備について 5.2.2 機能設計</p> <p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷防止に関する説明書</p>	<p>5. 火災の感知及び消火 5.3 消火設備</p>
—	<p>(g) その他 イ. 移動式消火設備 移動式消火設備は、恒設の消火設備の代替として消火ホース等の資機材を備え付</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書 2.2 火災の感知及び消火 5.2 消火設備について</p>	<p>5. 火災の感知及び消火 5.3 消火設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>けている移動式消火設備を1台（予備1台）配備する設計とする。</p> <p>【11条102】【52条98】</p> <p>ロ. 消火用の照明器具 建屋内の消火栓、消火設備現場盤の設置場所及び設置場所までの経路には、移動及び消火設備の操作を行うため、消防法で要求される消火継続時間20分に現場への移動等の時間も考慮し、2時間以上の容量の蓄電池を内蔵する照明器具を設置する設計とする。</p> <p>【11条103】【52条99】</p>	<p>5.2.2 機能設計</p> <p>V-1-1-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書</p>	
	<p>ハ. ポンプ室の煙の排気対策 火災発生時の煙の充満により消火活動が困難となるポンプ室には、消火活動によらなくとも迅速に消火できるように固定式ガス消火設備を設置し、鎮火の確認のために運転員や消防隊員がポンプ室に入る場合については、再発火するおそれがあることから、十分に冷却時間を確保した上で可搬型排煙装置により換気が可能な設計とする。</p> <p>【11条104】【52条100】</p> <p>ニ. 使用済燃料貯蔵設備、新燃料貯蔵設備及び使用済燃料乾式貯蔵設備 使用済燃料貯蔵設備は、水中に設置されたラックに燃料を貯蔵することで未臨界性が確保される設計とする。</p> <p>【11条105】【52条101】</p> <p>新燃料貯蔵設備については、消火活動により消火用水が放水され、水に満たされた状態となっても未臨界性が確保される設計とする。</p> <p>【11条106】【52条102】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>5.2 消火設備について</p> <p>5.2.2 機能設計</p>	<p>5. 火災の感知及び消火</p> <p>5.3 消火設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>使用済燃料乾式貯蔵設備は、使用済燃料を乾式で貯蔵する密封機能を有する容器であり、使用済燃料を収納後、内部を乾燥させ、不活性ガスを封入し貯蔵する設計であり、消火用水が放水されても容器内部に浸入することはない。</p> <p>【11条107】【52条103】</p> <p>ホ. ケーブル処理室</p> <p>ケーブル処理室は、消火活動のため2箇所入口を設置する設計とする。</p> <p>【11条108】【52条104】</p>		
<p>4. 火災の影響軽減対策</p> <p>原子炉の施設内のいかなる場所の想定火災に対しても、その火災により原子炉に外乱が及び、かつ、原子炉保護設備又は工学的安全施設作動設備の作動を要求される場合に、動的機器の単一故障を想定しても、原子炉を高温停止できるように、また、低温停止に必要な系統及び機器は、その安全機能を失わず、低温停止できるように、以下に示す火災の影響軽減対策を実施する。</p>	<p>(3) 火災の影響軽減</p> <p>a. 火災の影響軽減対策</p> <p>火災の影響軽減対策の設計に当たり、発電用原子炉施設において火災が発生した場合に、原子炉の高温停止及び低温停止を達成し、維持するために必要な火災防護対象機器及び火災防護対象ケーブルを火災防護対象機器等とする。</p> <p>【11条109】</p> <p>火災が発生しても原子炉の高温停止及び低温停止を達成し、維持するためには、プロセスを監視しながら原子炉を停止し、冷却を行うことが必要であり、このためには、手動操作に期待してでも原子炉の高温停止及び低温停止を達成し、維持するために必要な機能を少なくとも1つ確保するように系統分離対策を講じる必要がある。</p> <p>【11条110】</p> <p>このため、火災防護対象機器等に対して、以下に示す火災の影響軽減対策を講じる設計とする。</p> <p>【11条111】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.3 火災の影響軽減</p> <p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>6.1 火災の影響軽減対策が必要な火災区域の分離</p> <p>6.2 火災の影響軽減のうち火災防護対象機器等の系統分離</p> <p>6.2.1 火災防護対象機器等の選定</p>	<p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(2) 火災の影響軽減のうち火災防護機器等の系統分離</p>
<p>4.1 耐火壁による軽減対策</p> <p>(1) 原子炉の安全確保に必要な設備を設置している原子炉建屋に隣接するタービン建屋で火災が発生して</p>	<p>(a) 火災防護対象機器等の系統分離による影響軽減対策</p> <p>中央制御室及び原子炉格納容器を除く火</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.3 火災の影響軽減</p>	<p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(2) 火災の影響軽減のうち火災防護機器等の系統分離</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
<p>も、原子炉建屋に影響を及ぼさないように、原子炉建屋とタービン建屋の境界の壁は、2時間の耐火能力を有する耐火壁（以下、「耐火壁」という。）とする。</p> <p>(2) 燃料油の漏えい油火災を想定する補機を設置するディーゼル発電機室（ディーゼル制御盤室も含む）は、それぞれトレン別に二つの区域に分け、互いの区域及び周囲の区域に火災の影響を及ぼさないようにそれぞれを耐火壁で囲む。</p> <p>(3) 耐火壁の貫通口は耐火シールを施工し、換気設備のダクトには防火ダンパ、出入口には防火戸を設置し、耐火壁効果を減少させないようにする。</p> <p>4.2 固定式消火設備による軽減対策</p> <p>火災荷重の大きいディーゼル発電機室には、二酸化炭素消火設備を設置する。また、フロアケーブルダクトには、全域ハロン消火設備を設置する。</p>	<p>災防護対象機器等は、安全区分Ⅰと安全区分Ⅱ、Ⅲを境界とし、以下のいずれかの系統分離によって、火災の影響を軽減するための対策を講じる。</p> <p>【11条112】</p> <p>イ. 3時間以上の耐火能力を有する隔壁等 互いに相違する系列の火災防護対象機器等は、火災耐久試験により3時間以上の耐火能力を確認した隔壁等で分離する設計とする。</p> <p>【11条113】</p> <p>ロ. 6m以上離隔、火災感知設備及び自動消火設備 互いに相違する系列の火災防護対象機器等は、仮置きするものを含めて可燃性物質のない水平距離6m以上の離隔距離を確保する設計とする。</p> <p>【11条114】</p> <p>火災感知設備は、自動消火設備を作動させるために設置し、自動消火設備の誤作動防止を考慮した火災感知器の作動信号により自動消火設備を作動させる設計とする。</p> <p>【11条115】</p> <p>ハ. 1時間耐火隔壁等、火災感知設備及び自動消火設備 互いに相違する系列の火災防護対象機器等は、火災耐久試験により1時間以上の耐火能力を確認した隔壁等で分離する設計とする。</p> <p>【11条116】</p> <p>また、火災感知設備及び消火設備は、上記ロ.と同様の設計とする。</p> <p>【11条117】</p>	<p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>6.1 火災の影響軽減対策が必要な火災区域の分離</p> <p>6.2 火災の影響軽減のうち火災防護対象機器等の系統分離</p> <p>6.2.2 火災防護対象機器等に対する系統分離対策の基本方針</p>	

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>(b) 中央制御室の火災の影響軽減対策</p> <p>イ. 中央制御室制御盤内の火災の影響軽減 中央制御室制御盤内の火災防護対象機器等は、以下に示すとおり、実証試験結果に基づく離隔距離等による分離対策、高感度煙感知器の設置による早期の火災感知及び常駐する運転員による早期の消火活動に加え、火災により中央制御室制御盤の1つの区画の安全機能がすべて喪失しても、他の区画の制御盤は機能が維持されることを確認することにより、原子炉の高温停止及び低温停止の達成、維持ができることを確認し、上記(a)と同等の火災の影響軽減対策を講じる設計とする。</p> <p>【11条118】</p> <p>離隔距離等による分離として、中央制御室制御盤については、安全区分ごとに別々の盤で分離する設計とし、1つの制御盤内に複数の安全区分のケーブルや機器を設置しているものは、安全区分間に金属製の仕切りを設置する。ケーブルは、当該ケーブルに火災が発生しても延焼せず、また、周囲へ火災の影響を与えない金属外装ケーブル、耐熱ビニル電線、難燃仕様のフッ素樹脂(ETFE)電線及び難燃ケーブルを使用し、操作スイッチの離隔等により系統分離する設計とする。</p> <p>【11条119】</p> <p>中央制御室内には、異なる2種類の火災感知器を設置する設計とするとともに、火災発生時には常駐する運転員による早期の消火活動によって、異なる安全区分への影響を軽減する設計とする。これに加えて盤内へ高感度煙感知器を設置する設計と</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.3 火災の影響軽減</p> <p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>6.2.4 中央制御室及び原子炉格納容器の系統分離対策</p>	<p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(2) 火災の影響軽減のうち火災防護機器等の系統分離</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>する。</p> <p>【11条120】 火災の発生箇所の特定が困難な場合も想定し、サーモグラフィカメラ等、火災の発生箇所を特定できる装置を配備する設計とする。</p> <p>【11条121】</p> <p>ロ. 中央制御室床下コンクリートピットの影響軽減対策 中央制御室の火災防護対象機器等は、運転員の操作性及び視認性向上を目的として近接して設置することから、中央制御室床下コンクリートピットに敷設する火災防護対象ケーブルは、互いに相違する系列の3時間以上の耐火能力を有する隔壁による分離、又は水平距離を6m以上確保することが困難である。このため、中央制御室床下コンクリートピットについては、下記に示す分離対策等を行う設計とする。</p> <p>【11条122】</p> <p>(イ) コンクリートピット等による分離 中央制御室床下コンクリートピットは、安全区分ごとに分離されているため、安全区分の異なるケーブルは分離して敷設する設計とし、コンクリートピットは、1時間の耐火能力を有する構造（原子力発電所の火災防護指針JEA G4607-2010〔解説-4-5〕「耐火壁」(2)仕様を引用)とする。</p> <p>【11条123】</p> <p>(ロ) 火災感知設備 中央制御室床下コンクリートピット</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>内には、固有の信号を発する異なる2種類の火災感知器として、煙感知器と熱感知器を組み合わせて設置する設計とする。これらの火災感知設備は、アナログ機能を有するものとする。</p> <p>また、火災感知設備は、外部電源喪失時においても火災の感知が可能となるように、非常用電源から受電するとともに、火災受信機盤は中央制御室に設置し常時監視できる設計とする。火災受信機盤は、作動した火災感知器を1つずつ特定できる機能を有する設計とする。</p> <p>【11条124】</p> <p>(ハ) 消火設備</p> <p>中央制御室床下コンクリートピット内には、系統分離の観点から中央制御室からの手動操作により早期の起動も可能なハロゲン化物自動消火設備（局所）を設置する設計とする。</p> <p>この消火設備は、故障警報及び作動前の警報を中央制御室に発するとともに、時間遅れをもってハロンガスを放出する設計とする。また、外部電源喪失時においても消火が可能となるように、非常用電源から受電する。</p> <p>【11条125】</p>		
—	<p>(c) 原子炉格納容器内の火災の影響軽減対策</p> <p>原子炉格納容器内は、プラント運転中は窒素が封入され、火災の発生は想定されない。窒素が封入されていない期間のほとんどは原子炉が低温停止期間であるが、わずかに低温停止に到達していない期間もあることを踏まえ、上記(a)と同等の火災の影響軽減対策を講じる設計とする。</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.3 火災の影響軽減</p> <p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>6.2.4 中央制御室及び原子炉格納容器の系統分離対策</p>	<p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(2) 火災の影響軽減のうち火災防護機器等の系統分離</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>【11条126】 また、原子炉格納容器内への持込み可燃物は、持込み期間、可燃物量等を管理する。</p> <p>【11条127】 イ. 原子炉格納容器内の火災防護対象機器等の系統分離は以下のとおり対策を行う設計とする。</p> <p>【11条128】 (イ) 火災防護対象機器等は、難燃ケーブルを使用するとともに、金属製の電線管の使用等により火災の影響軽減対策を行う設計とする。</p> <p>【11条129】 (ロ) 原子炉格納容器内の火災防護対象機器等は、系統分離の観点から安全区分Ⅰと安全区分Ⅱ機器を可能な限り隔離して配置し、異なる安全区分の機器間にある介在物（ケーブル、電磁弁）については、金属製の筐体に収納することや本体が金属製であることで延焼防止対策を行う設計とする。</p> <p>【11条130】 (ハ) 原子炉格納容器内の火災防護対象ケーブルは、可能な限り位置的分散を図る設計とする。</p> <p>【11条131】 (ニ) 原子炉圧力容器下部においては、火災防護対象機器である起動領域モニタの核計装ケーブルを露出して敷設するが、火災の影響軽減の観点から、起動領域モニタはチャンネルごとに位置的分散を</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>図って設置する設計とする。</p> <p>【11条132】</p>		
—	<p>ロ. 火災感知設備については、アナログ式の異なる2種類の火災感知器(煙感知器及び熱感知器)を設置する設計とする。</p> <p>【11条133】</p> <p>ハ. 原子炉格納容器内の消火については、運転員及び初期消火要員による消火器又は消火栓を用いた速やかな消火活動により消火ができる設計とする。</p> <p>なお、原子炉格納容器内点検終了後から窒素置換完了までの間で原子炉格納容器内の火災が発生した場合には、火災による延焼防止の観点から窒素封入作業の継続による窒息消火又は窒素封入作業を中止し、早期の消火活動を実施する。</p> <p>【11条134】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>2.3 火災の影響軽減</p> <p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>6.2.4 中央制御室及び原子炉格納容器の系統分離対策</p>	<p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(2) 火災の影響軽減のうち火災防護機器等の系統分離</p>
—	<p>(d) 換気設備に対する火災の影響軽減対策</p> <p>火災防護上重要な機器等を設置する火災区域に設置する換気設備には、他の火災区域又は火災区画からの境界となる箇所に3時間耐火性能を有する防火ダンパを設置する設計とする。</p> <p>【11条135】</p> <p>換気設備のフィルタは、チャコールフィルタを除き難燃性のものを使用する設計とする。</p> <p>【11条136】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>6.3 その他の影響軽減対策</p>	<p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(3) 換気空調設備に対する火災の影響軽減対策</p>
<p>4.3 その他の軽減対策</p> <p>(1) 中央制御室で煙が発生した場合には、中央制御室換気系で排煙できるようにする。</p>	<p>(e) 火災発生時の煙に対する火災の影響軽減対策</p> <p>運転員が常駐する中央制御室には、火災発生時の煙を排気するため、建築基準法に準拠した容量の排煙設備を設置する設計とする。</p> <p>【11条137】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>6.3 その他の影響軽減対策</p>	<p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(4) 煙に対する火災の影響軽減対策</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>火災防護上重要な機器等を設置する火災区域のうち、電気ケーブルや引火性液体が密集する火災区域又は火災区画については、ハロゲン化物自動消火設備（全域）、ハロゲン化物自動消火設備（局所）又は二酸化炭素自動消火設備（全域）による早期の消火により火災発生時の煙の発生が抑制されることから、煙の排気は不要である。</p> <p>【11条138】</p>		
(2) 油タンクには、火災に起因した爆発を防ぐためにベント管を設け、屋外に排気できるようにする。	<p>(f) 油タンクに対する火災の影響軽減対策 火災区域又は火災区画に設置される油タンクは、換気空調設備による排気又はベント管により屋外に排気する設計とする。</p> <p>【11条139】</p> <p>(g) ケーブル処理室に対する火災の影響軽減対策 ケーブル処理室のケーブルトレイ間は、互いに相違する系列間を水平方向0.9m、垂直方向1.5mの最小分離距離を確保する設計とする。最小分離距離を確保できない場合は、隔壁等で分離する設計とする。</p> <p>【11条140】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>6.3 その他の影響軽減対策</p>	<p>6. 火災の影響軽減対策</p> <p>(5) 油タンクに対する火災の影響軽減対策</p>
—	<p>b. 原子炉の安全確保</p> <p>(a) 原子炉の安全停止対策</p> <p>イ. 火災区域又は火災区画に設置される不燃性材料で構成される構築物、系統及び機器を除く全機器の機能喪失を想定した設計</p> <p>発電用原子炉施設内の火災によって、安全保護系及び原子炉停止系の作動が要求される場合には、当該火災区域又は火災区画に設置される不燃性材料で構成される構築物、系統及び機器を除く全機器の機能喪失を想定しても、火災の影響軽減のための系統分離対策によって、多重化されたそ</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>7. 原子炉の安全確保について</p> <p>7.1 火災に対する原子炉の安全停止対策</p>	<p>7. 原子炉の安全確保</p> <p>(1) 原子炉の安全停止対策</p> <p>a. 火災区域又は火災区画に設置される全機器の動的機能喪失を想定した設計</p> <p>b. 設計基準事故等に対処するための機器に単一故障を想定した設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>それぞれの系統が同時に機能を失うことなく、原子炉の高温停止及び低温停止が達成できる設計とする。</p> <p>【11条141】</p> <p>ロ. 設計基準事故等に対処するための機器に単一故障を想定した設計</p> <p>発電用原子炉施設内の火災によって運転時の異常な過渡変化又は設計基準事故が発生した場合に、「発電用軽水型原子炉施設の安全評価に関する審査指針」に基づき、運転時の異常な過渡変化又は設計基準事故に対処するための機器に単一故障を想定しても、制御盤間の離隔距離、盤内の延焼防止対策又は現場操作によって、多重化されたそれぞれの系統が同時に機能を失うことなく、原子炉の高温停止、低温停止を達成できる設計とする。</p> <p>【11条142】</p>		
—	<p>(b) 火災の影響評価</p> <p>イ. 火災区域又は火災区画に設置される不燃性材料で構成される構築物、系統及び機器を除く全機器の機能喪失を想定した設計に対する評価</p> <p>設備等の設置状況を踏まえた可燃性物質の量等を基に想定される発電用原子炉施設内の火災によって、安全保護系及び原子炉停止系の作動が要求される場合には、火災による影響を考慮しても、多重化されたそれぞれの系統が同時に機能を失うことなく、原子炉の高温停止及び低温停止を達成し、維持できることを、以下に示す火災影響評価により確認する。</p> <p>【11条143】</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p> <p>7. 原子炉の安全確保について</p> <p>7.2 火災の影響評価</p>	<p>7. 原子炉の安全確保</p> <p>(2) 火災の影響評価</p>
—	<p>(イ) 隣接する火災区域又は火災区画に影</p>	<p>V-1-1-7 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明</p>	<p>7. 原子炉の安全確保</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>響を与えない場合</p> <p>当該火災区域又は火災区画に設置される不燃性材料で構成される構築物、系統及び機器を除く全機器の機能喪失を想定しても、原子炉の高温停止及び低温停止の達成、維持が可能であることを確認する。</p> <p>【11条144】</p> <p>(ロ) 隣接する火災区域又は火災区画に影響を与える場合</p> <p>当該火災区域又は火災区画と隣接火災区域又は火災区画の2区画内の火災防護対象機器等の有無の組み合わせに応じて、火災区域又は火災区画内に設置される不燃性材料で構成される構築物、系統及び機器を除く全機器の機能喪失を想定しても、原子炉の高温停止及び低温停止の達成、維持が可能であることを確認する。</p> <p>【11条145】</p> <p>ロ. 設計基準事故等に対処するための機器に単一故障を想定した設計に対する評価</p> <p>内部火災により原子炉に外乱が及び、かつ、安全保護系及び原子炉停止系の作動が要求される運転時の異常な過渡変化又は設計基準事故が発生する可能性があるため、「発電用軽水型原子炉施設の安全評価に関する審査指針」に基づき、運転時の異常な過渡変化又は設計基準事故に対処するための機器に対し単一故障を想定しても、多重化されたそれぞれの系統が同時に機能を失うことなく、原子炉の高温停止及び低温停止を達成できることを火災影響</p>	<p>書</p> <p>7. 原子炉の安全確保について</p> <p>7.2 火災の影響評価</p>	<p>(2) 火災の影響評価</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	評価により確認する。 【11条146】		
5. 主要対象設備 火災防護設備の対象となる主要な設備について、「表1 火災防護設備の主要設備リスト」に示す。	2. 主要対象設備 火災防護設備の対象となる主要な設備について、「表1 火災防護設備の主要設備リスト」に示す。 【11条147】	—	— (「主要設備リスト」による)

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-12 【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（浸水防護施設）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－１への展開表

【対象施設：その他附属施設 浸水防護施設】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式１への反映結果
変更前	変更後		
－	<p>用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」の第２条（定義）による。それ以外の用語については以下に定義する。</p> <ol style="list-style-type: none"> 設置許可基準規則第１２条第２項に規定される「安全機能を有する系統のうち、安全機能の重要度が特に高い安全機能を有するもの」（解釈を含む。）を重要施設とする。（以下「重要施設」という。） 設計基準対象施設のうち、安全機能を有するものを安全施設とする。（以下「安全施設」という。） 安全施設のうち、安全機能の重要度が特に高い安全機能を有するものを重要安全施設とする。（以下「重要安全施設」という。） 	－	－ (用語の定義のみ)
－	<p>第１章 共通項目</p> <p>浸水防護施設の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象 (2.2 津波による損傷の防止を除く。), 3. 火災, 5. 設備に対する要求 (5.5 安全弁等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関を除く。), 6. その他」の基本設計方針については、原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第１章 共通項目」に基づく設計とする。</p>	－	1. 共通的に適用される設計
－	<p>第２章 個別項目</p> <p>1. 津波による損傷の防止</p> <p>1.1 耐津波設計の基本方針</p> <p>設計基準対象施設及び重大事故等対処施設が設置（変更）許可を受けた基準津波によりその安全性又は重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがないよう、遡上への影響要因及び浸水経路等を考慮して、設計時にそれぞれの施設に対して入力津波を設定するとともに津波防護対象設備に対する入力津波の影響を評価し、影響に応じた津波防護対策を講じる設計とする。</p> <p>【6条1】【51条1】</p> <p>また、重大事故等対処施設が、基準津波を超え敷地に遡上する津波（確率論的リスク評価において全炉心損傷頻度に対して津波のリスクが有意となる津波。以下「敷地に遡上する津波」という。）に対</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2. 耐津波設計の基本方針</p> <p>V-1-1-2-2-3 入力津波の設定</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.1 耐津波設計の基本方針の設定</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>して、重大事故等に対処するために必要な機能を有効に発揮することができるよう、遡上への影響要因及び浸水経路等を考慮して、設計時にそれぞれの施設に対して入力津波を設定するとともに津波防護対象設備に対する入力津波の影響を評価し、影響に応じた津波防護対策を講じる設計とする。</p> <p>【54 条波 1】 なお、津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備は、入力津波に対して機能を十分に保持できる設計とする。</p> <p>【6 条 2】 【51 条 2】 【54 条波 2】 敷地に遡上する津波の高さは、防潮堤及び防潮扉の高さを超えることから、防潮堤及び防潮扉は、津波の越流時の耐性を確保することで防潮堤の高さを維持し、防潮堤内側の敷地への津波の流入量を抑制する設計とする。また、止水性を維持し第 2 波以降の繰返しの津波の襲来に対しては、防潮堤内側の敷地への津波の流入又は回り込みを防止する設計とする。</p> <p>【54 条波 3】</p>		
	<p>(1) 津波防護対象設備</p> <p>a. 基準津波に対する津波防護対象設備 設計基準対象施設が、基準津波により、その安全性が損なわれるおそれがないよう、津波から防護すべき施設は、設計基準対象施設のうち「発電用軽水型原子炉施設の安全機能の重要度分類に関する審査指針」で規定されているクラス 1 及びクラス 2 に該当する構築物、系統及び機器（以下「津波防護対象設備」という。）とする。</p> <p>【6 条 3】 津波防護対象設備の防護設計においては、津波により防護対象施設に波及的影響を及ぼすおそれのある防護対象施設以外の施設についても考慮する。</p> <p>【6 条 4】 また、重大事故等対処施設及び可搬型重大事故等対処設備についても、設計基準対象施設と</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針 2.1.1 津波防護対象設備</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価 2. 設備及び施設の設置位置</p>	<p>2. 耐津波設計 2.2 津波防護対象設備の選定</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>同時に必要な機能が損なわれるおそれがないよう、津波防護対象設備に含める。</p> <p>【51条3】</p> <p>さらに、津波が地震の随件事象であることを踏まえ、耐震Sクラスの施設（津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備を除く。）を含めて津波防護対象設備（以下、上記に示した津波防護対象設備をまとめて「基準津波に対する津波防護対象設備」という。）とする。</p> <p>【6条5】</p> <p>b. 敷地に遡上する津波に対する防護対象設備 敷地に遡上する津波から防護すべき施設は、重大事故等対処施設とし、基準津波への対策と同様に、重大事故等対処施設を内包する建屋及び区画を高台に配置するか又は建屋及び区画の境界に浸水防護対策を講じることで、内包する重大事故等対処施設の重大事故等に対処するために必要な機能が損なわれるおそれがない設計とする。</p> <p>【54条波4】</p> <p>また、常設重大事故防止設備及び設計基準事故対処設備と同時に必要な機能が損なわれるおそれがないよう、可搬型重大事故等対処設備も含めて津波防護対象設備（以下「敷地に遡上する津波に対する防護対象設備」という。）とする。</p> <p>非常用取水設備（貯留堰及び取水構造物を除く。）は、緊急用海水系の流路であることから、敷地に遡上する津波に対する防護対象設備とする。</p> <p>【54条波5】</p> <p>残留熱除去系海水系ポンプ、非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ及び高圧炉心スプレィ系ディーゼル発電機用海水ポンプ（以下「非常用海水ポンプ」という。）は、防潮堤及び防潮扉を越流した津波により海水ポンプ室が冠水状態となることで機能喪失する前提であることから、非常用海水ポンプ並びに同ポンプから</p>		

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>海水が供給される高圧炉心スプレイ系及び非常用ディーゼル発電機は防護すべき施設の対象外とする。</p> <p>【54条波 6】</p>		
	<p>1.2 入力津波の設定</p> <p>各施設・設備の設計又は評価に用いる入力津波として、敷地への遡上に伴う津波（以下「遡上波」という。）による入力津波と取水路、放水路等の経路からの流入に伴う津波（以下「経路からの津波」という。）による入力津波を設定する。</p> <p>【6条6】【51条4】</p> <p>敷地に遡上する津波についても上記と同様とするが、遡上波による入力津波については、防潮堤外側及び防潮堤内側でそれぞれ設定する。</p> <p>【54条波 7】</p> <p>入力津波の設定の諸条件の変更により、評価結果が影響を受けないことを確認するために、評価条件変更の都度、津波評価を実施する運用とする。</p> <p>【6条7】【51条5】【54条波8】</p> <p>(1) 基準津波による入力津波の設定</p> <p>a. 遡上波による入力津波</p> <p>遡上波による入力津波については、遡上への影響要因として、敷地及び敷地周辺の地形及びその標高、河川等の存在、設備等の設置状況並びに地震による広域的な隆起・沈降を考慮して、遡上波の回り込みを含め敷地への遡上の可能性を評価する。</p> <p>遡上する場合は、基準津波の波源から各施設・設備の設置位置において算定される津波高さとして設定する。また、地震による変状又は繰返し襲来する津波による洗掘・堆積により地形又は河川流路の変化等が考えられる場合は、敷地への遡上経路に及ぼす影響を評価する。</p> <p>【6条8】【51条6】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.2 入力津波の設定</p> <p>V-1-1-2-2-2 基準津波の概要</p> <p>V-1-1-2-2-3 入力津波の設定</p> <p>4. 入力津波の設定</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.3 入力津波の設定</p> <p>2.5.2 要求機能及び性能目標</p>
	<p>b. 経路からの津波による入力津波</p> <p>経路からの津波による入力津波については、浸水経路を特定し、基準津波の波源から各施設・設備の設置位置において算定される時刻歴</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.2 入力津波の設定</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.3 入力津波の設定</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>波形及び津波高さとして設定する。</p> <p>【6 条 9】【51 条 7】</p>	<p>V-1-1-2-2-3 入力津波の設定</p> <p>4. 入力津波の設定</p> <p>4.3 経路からの津波</p>	
	<p>c. 水位変動</p> <p>上記 a. 及び b. においては、水位変動として、朔望平均満潮位 T.P. +0.61 m、朔望平均干潮位 T.P. -0.81 m を考慮する。</p> <p>上昇側の水位変動に対しては、潮位のばらつきとして朔望平均満潮位の標準偏差 0.18 m を考慮して設定する。</p> <p>下降側の水位変動に対しては、潮位のばらつきとして朔望平均干潮位の標準偏差 0.16 m を考慮して設定する。</p> <p>【6 条 10】【51 条 8】</p> <p>地殻変動については、基準津波の波源である茨城県沖から房総沖に想定するプレート間地震による広域的な地殻変動及び 2011 年東北地方太平洋沖地震による広域的な地殻変動を余効変動を含めて考慮する。</p> <p>茨城県沖から房総沖に想定するプレート間地震による広域的な地殻変動については、基準津波の波源モデルを踏まえて、Mansinha and Smylie (1971) の方法により算定しており、敷地地盤の地殻変動量は、0.31 m の沈降を考慮する。広域的な余効変動を含む 2011 年東北地方太平洋沖地震による地殻変動については、発電所敷地内にある基準点による G P S 測量及び国土地理院の観測記録を踏まえて 0.2 m と設定する。なお、2011 年東北地方太平洋沖地震により地殻の沈降が生じたが、余効変動により回復傾向が続いている。発電所周辺の電子基準点（日立）における国土地理院の観測記録では、地震前と比較すると 2017 年 6 月で約 0.2 m 沈降しており、広域的な余効変動を含む 2011 年東北地方太平洋沖地震による地殻変動として設定した 0.2 m の沈降と整合している。</p> <p>【6 条 11】【51 条 9】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.2 入力津波の設定</p> <p>V-1-1-2-2-3 入力津波の設定</p> <p>4. 入力津波の設定</p> <p>4.1 考慮事項</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.3 入力津波の設定</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>上昇側の水位変動に対して安全側に評価するため、茨城県沖から房総沖に想定するプレート間地震による地殻変動量 0.31 m の沈降と広域的な余効変動を含む 2011 年東北地方太平洋沖地震による地殻変動量 0.2 m の沈降を考慮する。</p> <p>下降側の水位変動に対して安全側に評価するため、茨城県沖から房総沖に想定するプレート間地震による地殻変動量 0.31 m の沈降と広域的な余効変動を含む 2011 年東北地方太平洋沖地震による地殻変動量 0.2 m の沈降は考慮しない。</p> <p>また、基準津波による入力津波が有する数値計算上の不確かさを考慮することを基本とする。</p> <p>なお、防潮堤ルート変更（北側エリア縮小）による影響も考慮し、防潮堤ルート変更前後のそれぞれについて算定された数値を安全側に評価する。</p> <p>【6条 12】【51条 10】</p>		
	<p>(2) 敷地に遡上する津波による入力津波の設定</p> <p>a. 遡上波による入力津波</p> <p>敷地に遡上する津波の遡上波による入力津波については、遡上への影響要因等は、基準津波と同様である。</p> <p>防潮堤外側の敷地においては、敷地に遡上する津波の波源から各施設・設備の設置位置において算定される津波高さとして設定する。また、繰返し襲来する津波による洗掘・堆積により地形又は河川流路の変化等が考えられる場合は、敷地への遡上経路に及ぼす影響を評価する。</p> <p>【54条 波 9】</p> <p>防潮堤内側の敷地においては、防潮堤を越流した敷地に遡上する津波の数値シミュレーション結果を踏まえ、各施設・設備の設置位置における浸水深として設定する。防潮堤内側の遡上波の設定に当たっては、地震による変状が敷</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.2 入力津波の設定</p> <p>V-1-1-2-2-2 基準津波の概要</p> <p>V-1-1-2-2-3 入力津波の設定</p> <p>4. 入力津波の設定</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.3 入力津波の設定</p> <p>2.5.2 要求機能及び性能目標</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>地に遡上する津波に対する防護対象設備を内包する建屋及び区画への遡上経路に及ぼす影響を評価する。</p> <p>評価に当たっては、敷地に遡上する津波の越流時の耐性を有する防潮堤及び防潮扉をモデル化した数値シミュレーションを実施し入力津波を設定する。また、基準津波における外郭防護 1 として設置する浸水防護施設(津波防護施設及び浸水防止設備)については、敷地に遡上する津波に対して耐性を有する設計とする。</p> <p>【54 条波 10】</p> <p>また、東海第二発電所原子炉建屋周辺の浸水域、流速等に関する数値シミュレーション結果への影響を確認するために、東海発電所の建屋をモデル化した場合も考慮して評価する。</p> <p>さらに、T.P.+11 m の敷地と T.P.+8 m の敷地の間に新たに設置するアクセスルートを経由した T.P.+11 m の敷地への遡上の有無を考慮して評価する。</p> <p>【54 条波 11】</p>		
—	<p>b. 経路からの津波による入力津波</p> <p>経路からの津波による入力津波については、浸水経路を特定し、敷地に遡上する津波の高さを基に各施設・設備の設置位置において算定される時刻歴波形及び津波高さとして設定する。</p> <p>【54 条波 12】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.2 入力津波の設定</p> <p>V-1-1-2-2-3 入力津波の設定</p> <p>4. 入力津波の設定</p> <p>4.3 経路からの津波</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.3 入力津波の設定</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>
—	<p>c. 水位変動</p> <p>上記 a. 及び b. においては、水位変動として、朔望平均満潮位 T.P.+0.61 m、朔望平均干潮位 T.P.-0.81 m を考慮するが、敷地に遡上する津波による港湾内の局所的な海面の固有振動の励起、潮位観測記録に基づく潮位のばらつき及び高潮による変動は考慮しない。</p> <p>【54 条波 13】</p> <p>地殻変動については、敷地に遡上する津波の波源である茨城県沖から房総沖に想定するプ</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.2 入力津波の設定</p> <p>V-1-1-2-2-3 入力津波の設定</p> <p>4. 入力津波の設定</p> <p>4.1 考慮事項</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.3 入力津波の設定</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>プレート間地震による広域的な地殻変動及び 2011 年東北地方太平洋沖地震による広域的な地殻変動を余効変動を含めて考慮する。</p> <p>茨城県沖から房総沖に想定するプレート間地震による広域的な地殻変動については、敷地に遡上する津波の波源モデルを踏まえて、Mansinha and Smylie (1971) の方法により算定しており、敷地地盤の地殻変動量は、0.46 m の沈降を考慮する。広域的な余効変動を含む 2011 年東北地方太平洋沖地震による地殻変動については、発電所敷地内にある基準点による GPS 測量及び国土地理院の観測記録を踏まえて 0.2 m と設定する。なお、2011 年東北地方太平洋沖地震により地殻の沈降が生じたが、余効変動により回復傾向が続いている。発電所周辺の電子基準点（日立）における国土地理院の観測記録では、地震前と比較すると 2017 年 6 月で約 0.2 m 沈降しており、広域的な余効変動を含む 2011 年東北地方太平洋沖地震による地殻変動として設定した 0.2 m の沈降と整合している。</p> <p>【54 条波 14】</p> <p>上昇側の水位変動に対して安全側に評価するため、茨城県沖から房総沖に想定するプレート間地震による地殻変動量 0.46 m の沈降と広域的な余効変動を含む 2011 年東北地方太平洋沖地震による地殻変動量 0.2 m の沈降を考慮する。</p> <p>敷地に遡上する津波は、上記を初期条件としてあらかじめ考慮した上で高さを設定し、防潮堤外側における入力津波としていることから数値計算上の不確かさは考慮しない。</p> <p>なお、防潮堤ルート変更（北側エリア縮小）による影響も考慮し、防潮堤ルート変更前後のそれぞれについて算定された数値を安全側に評価する。</p> <p>【54 条波 15】</p>		
—	1.3 津波防護対策	V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷	2. 耐津波設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
—	<p>「1.2 入力津波の設定 (1) 基準津波による入力津波の設定」で設定した入力津波による基準津波に対する津波防護対象設備への影響を、津波の敷地への流入の可能性の有無、漏水による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響の有無、津波による溢水の重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響の有無並びに水位変動に伴う取水性低下及び津波の二次的な影響による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響の有無の観点から評価することにより、津波防護対策が必要となる箇所を特定して必要な津波防護対策を実施する設計とする。</p> <p>【6条13】【51条11】</p> <p>また、「1.2 入力津波の設定 (2) 敷地に遡上する津波による入力津波の設定」で設定した入力津波による敷地に遡上する津波に対する防護対象設備への影響を、敷地に遡上する津波に対する防護対象設備を内包する建屋及び区画への流入の可能性の有無、漏水による重大事故等に対処するために必要な機能への影響の有無、防潮堤内側に流入する津波及び津波による溢水の重大事故等に対処するために必要な機能への影響の有無並びに水位変動に伴う取水性低下及び津波の二次的な影響による重大事故等に対処するために必要な機能への影響の有無の観点から評価することにより、津波防護対策が必要となる箇所を特定して必要な津波防護対策を実施する設計とする。</p> <p>【54条波16】</p> <p><u>入力津波の変更が津波防護対策に影響を与えないことを確認することとし、定期的な評価及び改善に関する手順を定める。</u></p> <p>【6条14】【51条12】【54条波17】</p>	<p>の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.2 敷地又は津波防護対象設備を内包する建屋及び区画への浸水防止（外郭防護1）に係る評価</p> <p>3.3 漏水による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止（外郭防護2）に係る影響評価</p> <p>3.4 津波による溢水の重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止（内郭防護）に係る影響評価</p> <p>3.5 水位変動に伴う取水性低下及び津波の二次的な影響による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止に係る評価</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p> <p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>(1) 敷地への浸水防止（外郭防護1）</p> <p>a. 基準津波に対する敷地への浸水防止（外郭防護1）</p> <p>(a) 遡上波の地上部からの到達、流入の防止</p> <p>遡上波による敷地周辺の遡上の状況を加</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>味した浸水の高さ分布を基に、基準津波に対する津波防護対象設備（非常用取水設備を除く。）を内包する建屋及び区画の設置された敷地において、遡上波の地上部からの到達、流入の可能性の有無を評価する。</p> <p>流入の可能性に対する裕度評価において、高潮ハザードの再現期間 100 年に対する期待値と、入力津波で考慮した朔望平均満潮位及び潮位のばらつきを踏まえた水位の合計との差を参照する裕度として、設計上の裕度の判断の際に考慮する。</p> <p>【6 条 15】【51 条 13】</p>	<p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.2 敷地又は津波防護対象設備を内包する建屋及び区画への浸水防止（外郭防護 1）に係る評価</p>	
—	<p>評価の結果、遡上波が地上部から到達し流入するため、基準津波に対する津波防護対象設備（非常用取水設備を除く。）を内包する建屋又は区画（緊急時対策所建屋、可搬型重大事故等対処設備保管場所（西側）及び可搬型重大事故等対処設備保管場所（南側）を除く。）の設置された敷地に、遡上波の流入を防止するための津波防護施設として防潮堤及び防潮扉を設置する設計とする。</p> <p>【6 条 16】【51 条 14】</p> <p>また、基準津波に対する津波防護対象設備（非常用取水設備を除く。）を内包する建屋及び区画のうち、緊急時対策所建屋、可搬型重大事故等対処設備保管場所（西側）及び可搬型重大事故等対処設備保管場所（南側）は、津波による遡上波が地上部から到達、流入しない十分高い場所に設置する設計とする。</p> <p>【51 条 15】</p> <p><u>なお、防潮扉は、原則閉運用とすることを保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【6 条 17】【51 条 16】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.1 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の基本方針</p> <p>3.2 敷地又は津波防護対象設備を内包する建屋及び区画への浸水防止（外郭防護 1）に係る評価</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p> <p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>(b) 取水路、放水路等の経路からの津波の流入防止</p> <p>津波の流入の可能性のある経路につながる海水系、循環水系、構内排水路等の標高に基づき、許容される津波高さと経路からの津</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>波高さを比較することにより、基準津波に対する津波防護対象設備（非常用取水設備を除く。）を内包する建屋及び区画の設置された敷地への津波の流入の可能性の有無を評価する。流入の可能性に対する裕度評価において、高潮ハザードの再現期間 100 年に対する期待値と、入力津波で考慮した朔望平均満潮位及び潮位のばらつきを踏まえた水位の合計との差を参照する裕度とし、設計上の裕度の判断の際に考慮する。</p> <p>【6 条 18】 【51 条 17】</p>	<p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.2 敷地又は津波防護対象設備を内包する建屋及び区画への浸水防止（外郭防護 1）に係る評価</p>	
—	<p>評価の結果、流入する可能性のある経路が特定されたことから、基準津波に対する津波防護対象設備（非常用取水設備を除く。）を内包する建屋又は区画の設置された敷地並びに建屋及び区画への流入を防止するため、津波防護施設として放水路ゲート及び構内排水路逆流防止設備を設置するとともに、浸水防止設備として取水路点検用開口部浸水防止蓋、海水ポンプグラウンド dren 排水出口逆止弁、取水ピット空気抜き配管逆止弁、放水路ゲート点検用開口部浸水防止蓋、SA 用海水ピット開口部浸水防止蓋、緊急用海水ポンプピット点検用開口部浸水防止蓋、緊急用海水ポンプグラウンド dren 排水出口逆止弁及び緊急用海水ポンプ室床 dren 排水出口逆止弁の設置並びに防潮堤及び防潮扉下部貫通部の止水処置を実施する設計とする。</p> <p>【6 条 19】 【51 条 18】</p> <p>なお、防潮堤の下部に存在する東海発電所の取水路及び放水路を閉鎖し、津波の流入を防止する設計とする。</p> <p>【6 条 19-1】 【51 条 18-1】</p> <p>放水路ゲートについては、敷地への遡上のおそれのある津波の襲来前に遠隔閉止を確実に実施するため、重要安全施設（MS-1）として設計する。なお、扉体にフラップ式の小扉を設置することにより、放水路ゲート閉</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-3 入力津波の設定</p> <p>4.1 考慮事項</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.1 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の基本方針</p> <p>3.2 敷地又は津波防護対象設備を内包する建屋及び区画への浸水防止（外郭防護 1）に係る評価</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>止後においても非常用海水ポンプの運転が可能な設計とする。</p> <p><u>大津波警報が発表された場合に、放水路を経由した津波の流入を防止するため、循環水ポンプ及び補機冷却系海水系ポンプの停止並びに放水路ゲートを閉止する運用を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【6 条 20】 【51 条 19】</p> <p>上記 (a) 及び (b) において、外郭防護として設置する津波防護施設及び浸水防止設備については、各地点の入力津波に対し、設計上の裕度を考慮する。</p> <p>【6 条 21】 【51 条 20】</p>	<p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>b. 敷地に遡上する津波に対する防護対象設備を内包する建屋及び区画への浸水防止 (外郭防護 1)</p> <p>(a) 遡上波の地上部からの流入の防止</p> <p>防潮堤外側及び防潮堤内側の遡上波に対し、敷地に遡上する津波に対する防護対象設備 (貯留堰及び取水構造物を除く。) を内包する建屋及び区画への地上部からの到達・流入の有無を評価する。</p> <p>【54 条 18】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.2 敷地又は津波防護対象設備を内包する建屋及び区画への浸水防止 (外郭防護 1) に係る評価</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>
—	<p>評価の結果、敷地に遡上する津波は、防潮堤を越流し地上部から防護対象の建屋及び区画に到達するため、敷地に遡上する津波に対する防護対象設備 (貯留堰及び取水構造物を除く。) を内包する建屋又は区画 (常設代替高圧電源装置置場 (西側淡水貯水設備, 高所東側接続口, 高所西側接続口, 西側 S A 立坑, 東側 D B 立坑, 軽油貯蔵タンクを含む。), 緊急時対策所建屋, 可搬型重大事故等対処設備保管場所 (西側) 及び可搬型重大事故等対処設備保管場所 (南側) を除く。) に対する津波防護施設として、原子炉建屋外壁並びに原子炉建屋原子炉棟水密扉, 原子炉建屋付属棟西側水密扉, 原子炉建屋付属棟東側水密扉, 原子炉建屋付属棟南側水密扉, 原子炉建</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.1 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の基本方針</p> <p>3.2 敷地又は津波防護対象設備を内包する建屋及び区画への浸水防止 (外郭防護 1) に係る評価</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>屋付属棟北側水密扉 1 及び原子炉建屋付属棟北側水密扉 2 (以下「原子炉建屋水密扉」という。)を設置する設計とする。</p> <p>【54 条波 19】</p> <p>また、浸水防止設備として、原子炉建屋水密扉、緊急用海水ポンプ点検用開口部浸水防止蓋、緊急用海水ポンプ室人員用開口部浸水防止蓋、格納容器圧力逃がし装置格納槽点検用水密ハッチ、常設低圧代替注水系格納槽点検用水密ハッチ、常設低圧代替注水系格納槽可搬型ポンプ用水密ハッチ、常設代替高圧電源装置用カルバート原子炉建屋側水密扉を設置する。</p> <p>原子炉建屋 1 階の貫通部及び常設代替高圧電源装置用カルバート(立坑部)の地下 1 階床面貫通部に対しては止水処置を実施する。</p> <p>【54 条波 20】</p> <p>敷地に遡上する津波に対する防護対象設備(貯留堰及び取水構造物を除く。)を内包する建屋及び区画のうち、T.P.+11 m 以上の標高の敷地に設置する常設代替高圧電源装置置場(西側淡水貯水設備、高所東側接続口、高所西側接続口、西側 S A 立坑、東側 D B 立坑、軽油貯蔵タンクを含む。)、緊急時対策所建屋、可搬型重大事故等対処設備保管場所(西側)及び可搬型重大事故等対処設備保管場所(南側)は、敷地に遡上する津波による遡上波が地上部から到達、流入しない十分高い場所に設置する設計とする。</p> <p>【54 条波 21】</p> <p>敷地に遡上する津波に対して耐性を確保する防潮扉の管理は、<u>基準津波に対する管理と同じである。また、原子炉建屋水密扉及び常設代替高圧電源装置用カルバート原子炉建屋側水密扉については、津波の流入を防止するため、扉の閉止運用を保安規定に定めて</u></p>	<p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部> —</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
—	<p><u>管理する。</u></p> <p>【54 条波 22】</p> <p>(b) 取水路、放水路等の経路からの津波の流入防止</p> <p>津波の流入の可能性のある経路につながる海水系、循環水系、構内排水路等の標高に基づき許容される津波高さと同経路からの津波高さを比較することにより、敷地に遡する津波に対する防護対象設備(貯留堰及び取水構造物を除く。)を内包する建屋及び区画の設置された敷地並びに建屋及び区画への津波の流入の可能性の有無を評価する。</p> <p>【54 条波 23】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.2 敷地又は津波防護対象設備を内包する建屋及び区画への浸水防止(外郭防護 1)に係る評価</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>
—	<p>評価の結果、流入する可能性のある経路がある場合の津波防護施設及び浸水防止設備として、「a. 基準津波に対する敷地への浸水防止(外郭防護 1) (b) 取水路、放水路等の経路からの津波の流入防止」に記載する設備を設置するとともに、屋外二重管内に設置される非常用海水系配管の原子炉建屋側貫通部止水処置を実施する設計とする。</p> <p>【54 条波 24】</p> <p>東海発電所の取水路及び放水路からの津波の流入防止に係る設計、放水路ゲートの設計、大津波警報発表時の循環水ポンプ及び補機冷却系海水系ポンプの停止並びに放水路ゲートの閉止運用に係る管理については、<u>「a. 基準津波に対する敷地への浸水防止(外郭防護 1) (b) 取水路、放水路等の経路からの津波の流入防止」と同じである。</u></p> <p>【54 条波 25】</p> <p>上記(a)及び(b)の津波防護施設及び浸水防止設備については、各地点の敷地に遡する津波による入力津波に対する設計上の裕度は考慮しない。</p> <p>【54 条波 26】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-3 入力津波の設定</p> <p>4.1 考慮事項</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.1 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の基本方針</p> <p>3.2 敷地又は津波防護対象設備を内包する建屋及び区画への浸水防止(外郭防護 1)に係る評価</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p> <p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>(2) 漏水による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止(外郭防</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>護 2)</p> <p>a. 基準津波における漏水による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止（外郭防護 2）</p> <p>(a) 漏水対策</p> <p>経路からの津波が流入する可能性のある取水・放水設備の構造上の特徴を考慮し、取水・放水施設、地下部等において、津波による漏水が継続することによる浸水範囲を想定（以下「浸水想定範囲」という。）するとともに、当該範囲の境界における浸水の可能性のある経路及び浸水口（扉、開口部、貫通口等）について、浸水防止設備を設置することにより、浸水範囲を限定する設計とする。</p> <p>さらに、浸水想定範囲及びその周辺にある基準津波に対する津波防護対象設備（非常用取水設備を除く。）に対しては、浸水防止設備として、防水区画化するための設備を設置するとともに、防水区画内への浸水による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響の有無を評価する。</p> <p>【6条 22】【51条 21】</p>	<p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.3 漏水による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止（外郭防護 2）に係る影響評価</p>	<p>の実施</p>
—	<p>評価の結果、浸水想定範囲における長期間の冠水が想定される場合は、重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響がないよう、排水設備を設置する設計とする。</p> <p>【6条 23】【51条 22】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.1 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の基本方針</p> <p>3.3 漏水による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止（外郭防護 2）に係る影響評価</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>
—	<p>b. 敷地に遡上する津波における漏水による重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止（外郭防護 2）</p> <p>(a) 漏水対策</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>経路からの津波が流入する可能性のある取水・放水設備の構造上の特徴を考慮し、取水・放水施設、地下部等において、津波による漏水が継続することによる浸水想定範囲として緊急用海水ポンプを内包する緊急用海水ポンプピットの緊急用海水ポンプモータ設置エリアを設定するとともに、当該範囲の境界における浸水の可能性のある経路及び浸水口（扉、開口部、貫通口等）について、浸水防止設備を設置することにより、浸水範囲を限定する設計とする。</p> <p>【54 条波 27】</p> <p>敷地に遡上する津波については、防潮堤内側の遡上波に対して格納容器圧力逃がし装置格納槽、常設低圧代替注水系格納槽及び常設代替高圧電源装置用カルバート（立坑部）を浸水想定範囲として設定するとともに、当該範囲の境界に浸水防止設備を設置し浸水範囲を限定する設計とする。</p> <p>【54 条波 28】</p> <p>さらに、浸水想定範囲及びその周辺にある敷地に遡上する津波に対する防護対象設備（貯留堰及び取水構造物を除く。）に対しては、浸水防止設備として、防水区画化するための設備を設置するとともに、防水区画内への浸水による重大事故等に対処するために必要な機能への影響の有無を評価する。</p> <p>【54 条波 28-1】</p>	<p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.3 漏水による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止（外郭防護 2）に係る影響評価</p>	
—	<p>(b) 重大事故等に対処するために必要な機能への影響評価</p> <p>「(a) 漏水対策」で設定した浸水想定範囲には重大事故等に対処するために必要な機能を有する設備が設置されることから、防水区画化するとともに、海水取水経路に直接接続される緊急用海水ポンプピットの緊急用海水ポンプモータ設置エリアについて、漏水による浸水を想定しても機能喪失しない設計とする。</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.1 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の基本方針</p> <p>3.3 漏水による重要な安全機能及び重大事故等</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>評価の結果, 浸水想定範囲における長期間の冠水が想定される場合は, 重大事故等に対処するために必要な機能への影響がないよう, 排水設備を設置する設計とする。</p> <p>【54 条波 29】</p>	<p>対処するために必要な機能への影響防止 (外郭防護 2) に係る影響評価</p>	
—	<p>(3) 津波による溢水の重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止 (内郭防護)</p> <p>a. 基準津波による影響防止</p> <p>(a) 浸水防護重点化範囲の設定</p> <p>設計基準対象施設の基準津波に対する津波防護対象設備の浸水防護重点化範囲として, 原子炉建屋, 使用済燃料乾式貯蔵建屋, 海水ポンプ室, 常設代替高圧電源装置置場 (軽油貯蔵タンク, 非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ, 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ及び東側 D B 立坑を含む。), 常設代替高圧電源装置用カルバート (トンネル部, 立坑部及びカルバート部を含む。)及び非常用海水系配管を設定する。</p> <p>【6 条 24】</p> <p>重大事故等対処施設の基準津波に対する津波防護対象設備の浸水防護重点化範囲として, 原子炉建屋, 海水ポンプ室, 非常用海水系配管, 緊急時対策所建屋, 可搬型重大事故等対処設備保管場所 (西側), 可搬型重大事故等対処設備保管場所 (南側), 格納容器圧力逃がし装置格納槽, 常設低圧代替注水系格納槽 (代替淡水貯槽, 常設低圧代替注水系ポンプ室, 常設低圧代替注水系配管カルバート), 緊急用海水ポンプピット, 常設代替高圧電源装置置場 (西側淡水貯水設備, 高所東側接続口, 高所西側接続口, 西側 S A 立坑, 東側 D B 立坑, 軽油貯蔵タンク, 非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ, 高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプを含む。)及び常設代替高圧電源装置用カルバート (トンネル部, 立坑部及びカルバート部</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.4 津波による溢水の重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止 (内郭防護) に係る影響評価</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	を含む。)を設定する。 【51 条 23】		
	<p>(b) 浸水防護重点化範囲の境界における浸水対策 経路からの津波による溢水を考慮した浸水範囲及び浸水量を基に、浸水防護重点化範囲への浸水の可能性の有無を評価する。浸水範囲及び浸水量については、地震による溢水の影響も含めて確認する。地震による溢水のうち、津波による影響を受けない範囲の評価については、「2. 発電用原子炉施設内における溢水等による損傷の防止」に示す。</p> <p>【6 条 25】【51 条 24】 評価の結果、浸水防護重点化範囲への浸水の可能性のある経路、浸水口が特定されたことから、地震による設備の損傷箇所からの津波の流入を防止するための設計基準対象施設の浸水防止設備として、海水ポンプ室ケーブル点検口浸水防止蓋、常設代替高压電源装置用カルバート原子炉建屋側水密扉の設置並びに海水ポンプ室貫通部止水処置、原子炉建屋境界地下階貫通部止水処置及び常設代替高压電源装置用カルバート（立坑部）貫通部止水処置を実施する設計とする。</p> <p>【6 条 26】 また、重大事故等対処施設の浸水防止設備として、設計基準対象施設の浸水防止設備に加え、緊急用海水ポンプ点検用開口部浸水防止蓋、緊急用海水ポンプ室人員用開口部浸水防止蓋、格納容器圧力逃がし装置格納槽点検用水密ハッチ、常設低圧代替注水系格納槽点検用水密ハッチ及び常設低圧代替注水系格納槽可搬型ポンプ用水密ハッチを設置する設計とする。</p> <p>【51 条 25】 <u>また、浸水防止設備として設置する水密扉については、津波の流入を防止するため、扉の閉止運用を保安規定に定めて管理する。</u></p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針 2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.4 津波による溢水の重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止（内郭防護）に係る影響評価</p>	<p>2. 耐津波設計 2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>
		<下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応	<下線部> -

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>【6 条 27】 【51 条 26】 内郭防護として設置及び実施する浸水防止設備については、貫通部、開口部等の一部分のみが浸水範囲となる場合においても貫通部、開口部等の全体を浸水防護することにより、浸水評価に対して裕度を確保する設計とする。</p> <p>【6 条 28】 【51 条 27】</p>		
—	<p>b. 敷地に遡上する津波による影響防止 (a) 浸水防護重点化範囲の設定 敷地に遡上する津波に対する防護対象設備のうち、重大事故等に対処するために必要な機能を有する重大事故等対処施設の浸水防護重点化範囲は、海水ポンプ室及び非常用海水系配管並びに常設代替高圧電源装置置場のうちの非常用ディーゼル発電機燃料移送ポンプ、高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機燃料移送ポンプ及び東側 D B 立坑を除き、「a. 基準津波による影響防止 (a) 浸水防護重点化範囲の設定」と同じである。</p> <p>【54 条 波 30】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針 2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価 3.4 津波による溢水の重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止(内郭防護)に係る影響評価</p>	<p>2. 耐津波設計 2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>
—	<p>(b) 浸水防護重点化範囲の境界における浸水対策 経路からの津波による溢水を考慮した浸水対策の考え方は「a. 基準津波による影響防止 (b) 浸水防護重点化範囲の境界における浸水対策」と同じである。</p> <p>【54 条 波 31】 評価の結果、浸水防護重点化範囲への浸水の可能性のある経路、浸水口がある場合には、地震による設備の損傷箇所からの津波の流入を防止するための浸水防止設備を設置することとし、「a. 基準津波による影響防止 (b) 浸水防護重点化範囲の境界における浸水対策」に記載する設備のうち、海水ポンプ室ケーブル点検口浸水防止蓋を除く設備に加え、原子炉建屋外壁及び原子炉建屋水密扉を設置する設計とする。</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針 2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価 3.4 津波による溢水の重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止(内郭防護)に係る影響評価</p>	<p>2. 耐津波設計 2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>【54 条波 32】</p> <p><u>原子炉建屋水密扉の運用及び管理並びに浸水防止対策の範囲の考え方については、</u> <u>「a. 基準津波による影響防止 (b) 浸水防護重点化範囲の境界における浸水対策」と同じである。</u></p> <p>【54 条波 33】</p>	<p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>(4) 水位変動に伴う取水性低下及び津波の二次的な影響による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止</p> <p>a. 基準津波における取水性低下及び津波による二次的な影響の防止</p> <p>(a) 非常用海水ポンプ、緊急用海水ポンプ、可搬型代替注水大型ポンプ及び可搬型代替注水中型ポンプの取水性</p> <p>非常用海水ポンプについては、評価水位としての取水ピットでの下降側水位と非常用海水ポンプの取水可能水位を比較し、評価水位が非常用海水ポンプ取水可能水位を下回る可能性の有無を評価する。</p> <p>【6 条 29】 【51 条 28】</p> <p>また、緊急用海水ポンプについては、取水箇所である S A 用海水ピット取水塔の天端高さを入力津波高さを比較し、入力津波の下降側水位が S A 用海水ピット取水塔の天端高さを下回る時間を時刻歴波形で確認し、この時間を、緊急用海水系の保有水のみで残留熱除去系熱交換器及び補機類の冷却に必要な海水流量が確保可能であるか評価する。</p> <p>【51 条 29】</p> <p>評価の結果、取水ピットの下降側の評価水位が非常用海水ポンプの取水可能水位を下回ることから、津波防護施設として、海水を貯留するための貯留堰を設置することで、取水性を確保する設計とする。</p> <p>【6 条 30】 【51 条 30】</p> <p><u>なお、大津波警報が発表された場合に、引き波による水位低下に対して、非常用海水ボ</u></p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.5 水位変動に伴う取水性低下及び津波の二次的な影響による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止に係る評価</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>
	<p>【51 条 29】</p> <p>評価の結果、取水ピットの下側側の評価水位が非常用海水ポンプの取水可能水位を下回ることから、津波防護施設として、海水を貯留するための貯留堰を設置することで、取水性を確保する設計とする。</p> <p>【6 条 30】 【51 条 30】</p> <p><u>なお、大津波警報が発表された場合に、引き波による水位低下に対して、非常用海水ボ</u></p>	<p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部></p> <p>—</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p><u>ンプの取水性を確保するため、循環水ポンプ及び補機冷却系海水系ポンプを停止する手順を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【6 条 31】 【51 条 31】 緊急用海水ポンプについては、非常用海水ポンプが健全であれば運転しない場合もあるが、津波による引き波時において緊急用海水ポンプを運転したとしても、地下岩盤内に設置した緊急用海水系の保有水のみで残留熱除去系熱交換器及び補機類の冷却に必要な海水流量が確保可能な設計とする。</p> <p>【51 条 32】 非常用海水ポンプについては、津波による上昇側の水位変動に対しても、取水機能が保持できる設計とする。</p> <p>【6 条 32】 【51 条 33】 可搬型代替注水大型ポンプ及び可搬型代替注水中型ポンプについても、入力津波の水位に対して、取水性を確保できるものを用いる設計とする。</p> <p>【51 条 34】</p>		
—	<p>(b) 津波の二次的な影響による非常用海水ポンプ、緊急用海水ポンプ、可搬型代替注水大型ポンプ及び可搬型代替注水中型ポンプの機能保持確認</p> <p>基準津波による水位変動に伴う海底の砂移動・堆積に対して、取水口及び取水構造物が閉塞することなく取水口及び取水構造物の通水性が確保できる設計とする。</p> <p>【6 条 33】 【51 条 35】 また、SA用海水ピット取水塔、海水引込み管、SA用海水ピット、緊急用海水取水管及び緊急用海水ポンピットに対しても、閉塞することなくSA用海水ピット取水塔、海水引込み管、SA用海水ピット、緊急用海水取水管及び緊急用海水ポンピットに対して通水性が確保できる設計とする。</p> <p>【51 条 36】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.5 水位変動に伴う取水性低下及び津波の二次的な影響による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止に係る評価</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>非常用海水ポンプ及び緊急用海水ポンプは、取水時に浮遊砂が軸受に混入した場合においても、軸受部の異物逃し溝から浮遊砂を排出することで、機能を保持できる設計とする。</p> <p>【6条 34】【51条 37】</p> <p>可搬型代替注水大型ポンプ及び可搬型代替注水中型ポンプは、浮遊砂の混入に対して、取水性能が保持できるものを用いる設計とする。</p> <p>【51条 38】</p>		
—	<p>漂流物に対しては、発電所敷地内及び敷地外で漂流物となる可能性のある施設・設備を抽出し、抽出された漂流物となる可能性のある施設・設備が漂流した場合に、非常用海水ポンプへの衝突並びに取水口及び取水構造物の閉塞が生じることがなく非常用海水ポンプの取水性確保並びに取水口及び取水構造物の通水性が確保できる設計とする。</p> <p>【6条 35】【51条 39】</p> <p>また、S A用海水ピット取水塔の閉塞が生じることなく、緊急用海水ポンプ、可搬型代替注水大型ポンプ及び可搬型代替注水中型ポンプの取水性確保並びにS A用海水ピット取水塔から緊急用海水ポンプピットまでの通水性が確保できる設計とする。</p> <p>【51条 40】</p> <p><u>発電所敷地内及び敷地外の人工構造物については、設置状況を定期的に確認し評価する運用を保安規定に定めて管理する。また、隣接事業所の人工構造物については、当該事業所との合意文書に基づき、隣接事業所における人工構造物の設置状況を継続的に確認し評価する運用を保安規定に定めて管理する。</u>さらに、従前の評価結果に包絡されない場合は、漂流物となる可能性、非常用海水ポンプ等の取水性及び浸水防護施設の健全性</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.5 水位変動に伴う取水性低下及び津波の二次的な影響による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止に係る評価</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p> <p><下線部></p> <p>—</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>への影響評価を行い、影響がある場合は漂流物対策を実施する。</p> <p>【6 条 36】 【51 条 41】</p>		
—	<p>b. 敷地に遡上する津波における取水性低下及び津波による二次的な影響の防止</p> <p>(a) 緊急用海水ポンプの取水性</p> <p>緊急用海水ポンプの取水性については、敷地に遡上する津波による入力津波に対し「a. 基準津波における取水性低下及び津波による二次的な影響の防止 (a) 非常用海水ポンプ、緊急用海水ポンプ、可搬型代替注水大型ポンプ及び可搬型代替注水中型ポンプの取水性」と同じである。</p> <p>【54 条波 34】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.5 水位変動に伴う取水性低下及び津波の二次的な影響による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止に係る評価</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>
—	<p>(b) 津波の二次的な影響による緊急用海水ポンプの機能保持確認</p> <p>緊急用海水ポンプの機能保持確認については、敷地に遡上する津波による入力津波に対し「a. 基準津波における取水性低下及び津波による二次的な影響の防止 (a) 非常用海水ポンプ、緊急用海水ポンプ、可搬型代替注水大型ポンプ及び可搬型代替注水中型ポンプの取水性」に記載する緊急用海水ポンプの評価内容と同じである。</p> <p>【54 条波 35】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.5 水位変動に伴う取水性低下及び津波の二次的な影響による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止に係る評価</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>
—	<p>漂流物に対しては、防潮堤内側を含む発電所敷地内及び敷地外で漂流物となる可能性のある施設・設備を抽出し、抽出された漂流物となる可能性のある施設・設備が漂流した場合の評価を実施する。</p> <p>【54 条波 36】</p> <p>防潮堤外側で発生する漂流物に対しては、SA用海水ピット取水塔、海水引込み管、SA用海水ピット、緊急用海水取水管及び緊急用海水ポンプピットの閉塞が生じることなく、緊急用海水ポンプの取水性が確保できる設計とする。また、SA用海水ピット取水塔への衝突荷重による影響を評価する。</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p> <p>3.5 水位変動に伴う取水性低下及び津波の二次的な影響による重要な安全機能及び重大事故等に対処するために必要な機能への影響防止に係る評価</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>【54 条波 37】</p> <p>防潮堤内側については、防潮堤外側で発生した漂流物の流入の影響評価及び防潮堤内側で発生した漂流物の影響を評価するものとし、津波防護施設並びに敷地に遡上する津波に対する防護対象設備を内包する建屋及び区画への到達の可能性を評価し、及び到達する場合は衝突荷重による影響を評価する。</p> <p>【54 条波 38】</p> <p>構内排水路逆流防止設備については、防潮堤内側に流入した津波の排水に使用することから、排水時の漂流物、砂等の堆積・混入による影響を考慮した設計とする。また、<u>集水枘底部に砂が堆積した場合に、砂を取り除くことができる設計とするとともに保安規定に砂や漂流物を除去することを定め、排水機能を維持する。</u></p> <p>【54 条波 39】</p> <p><u>発電所敷地内及び敷地外の人工構造物については、設置状況を定期的に確認し評価する運用を保安規定に定めて管理する。また、隣接事業所の人工構造物については、当該事業所との合意文書に基づき、隣接事業所における人工構造物の設置状況を継続的に確認し評価する運用を保安規定に定めて管理する。</u>さらに、従前の評価結果に包絡されない場合は、漂流物となる可能性及び緊急用海水ポンプの取水性並びに浸水防護施設の健全性への影響評価を行い、影響がある場合は漂流物対策を実施する。</p> <p>【54 条波 40】</p>	<p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>(5) 津波監視</p> <p>a. 基準津波に対する津波監視</p> <p>(a) 津波監視</p> <p>津波監視設備として、敷地への津波の繰返しの襲来を察知し津波防護施設及び浸水防止設備の機能を確実に確保するため、津波・構内監視カメラ(計測制御系統施設の設備で</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.3 津波防護対策</p> <p>V-1-1-2-2-4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p> <p>2.5.2 要求機能及び性能目標</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>兼用（以下同じ。）、取水ピット水位計及び潮位計を設置する。</p> <p>【6 条 37】【51 条 42】</p> <p>b. 敷地に遡上する津波に対する津波監視</p> <p>(a) 津波監視</p> <p>津波監視設備については、敷地に遡上する津波に対しては機能を期待しない取水ピット水位計を除き、「a. 基準津波に対する津波監視 (a) 津波監視」と同じである。</p> <p>なお、津波・構内監視カメラのうち、防潮堤に設置する津波・構内監視カメラについては、敷地に遡上する津波により機能喪失が想定されるため、敷地に遡上する津波時は原子炉建屋屋上の津波・構内監視カメラにより、敷地に遡上する津波に対する重大事故等への対処に必要なエリアの監視等を行う。</p> <p>潮位計は、敷地に遡上する津波時に、計測範囲の上限を一時的に超えた後も機能喪失しない設計とする。</p> <p>【54 条波 41】</p>	<p>3.1 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の基本方針</p>	
	<p>1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計</p> <p>(1) 基準津波に対する津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計</p> <p>a. 設計方針</p> <p>津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備については、「1.2 入力津波の設定 (1) 基準津波による入力津波の設定」で設定している繰返しの襲来を想定した入力津波に対して、基準津波に対する津波防護対象設備の要求される機能を損なうおそれがないよう以下の機能を満足する設計とする。</p> <p>【6 条 38】【51 条 43】</p> <p>(a) 津波防護施設</p> <p>津波防護施設は、津波の流入による浸水及び漏水を防止する設計とする。</p> <p>津波防護施設のうち防潮堤及び防潮扉については、入力津波高さを上回る高さで設置し、止水性を保持する設計とする。</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計方針</p> <p>V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針</p> <p>4.1 津波防護施設</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 3 津波又は溢水への配慮が必要な施設の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 3-1 津波への配慮が必要な施設の強度計算の方針</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p> <p>2.5.2 要求機能及び性能目標</p> <p>2.5.3 津波防護施設の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>津波防護施設のうち放水路ゲート、構内排水路逆流防止設備については、入力津波による波圧等に対する耐性を評価し、津波の流入を防止する設計とする。</p> <p>津波防護施設のうち貯留堰については、津波による水位低下に対して、非常用海水ポンプの取水可能水位を保持し、かつ、冷却に必要な海水を確保する設計とする。</p> <p>【6 条 39】【51 条 44】</p> <p>主要な構造体の境界部には、想定される荷重の作用及び相対変位を考慮し、試験等にて止水性を確認した止水ジョイント等を設置し、止水処置を講じる設計とする。また、鋼製防護壁と取水構造物の境界部には、浸水防止設備として、想定される荷重の作用及び相対変位を考慮し、試験等にて止水性を確認した 1 次止水機構及び 2 次止水機構を多様化して設置し、止水性を保持する設計とする。</p> <p>【6 条 40】【51 条 45】</p>		
—	<p>(b) 浸水防止設備</p> <p>浸水防止設備は、浸水想定範囲等における浸水時及び冠水後の波圧等に対する耐性を評価し、津波の流入による浸水及び漏水を防止する設計とする。</p> <p>また、基準津波に対する津波防護対象設備を内包する建屋及び区画に浸水時及び冠水後に津波が流入することを防止するため、当該区画への流入経路となる開口部に浸水防止設備を設置し、止水性を保持する設計とする。</p> <p>【6 条 41】【51 条 46】</p> <p>浸水防止設備である取水路点検用開口部浸水防止蓋、海水ポンプグラウンド dren 排水口逆止弁、取水ピット空気抜き配管逆止弁、SA 用海水ピット開口部浸水防止蓋、緊急用海水ポンプピット点検用開口部浸水防止蓋、緊急用海水ポンプグラウンド dren 排水口逆止弁、緊急用海水ポンプ室床 dren 排水口逆</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計方針</p> <p>V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針</p> <p>4.2 浸水防止設備</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 3 津波又は溢水への配慮が必要な施設の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 3-1 津波への配慮が必要な施設の強度計算の方針</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p> <p>2.5.2 要求機能及び性能目標</p> <p>2.5.4 浸水防止設備の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>止弁, 放水路ゲート点検用開口部浸水防止蓋, 原子炉建屋境界貫通部止水処置並びに防潮堤及び防潮扉下部貫通部止水処置については, 入力津波による波圧に対し, 耐性を評価又は試験等により止水性を確認した方法により止水性を保持する設計とする。</p> <p>海水ポンプ室ケーブル点検口浸水防止蓋, 緊急用海水ポンプ点検用開口部浸水防止蓋, 緊急用海水ポンプ室人員用開口部浸水防止蓋, 格納容器圧力逃がし装置格納槽点検用水密ハッチ, 常設低圧代替注水系格納槽点検用水密ハッチ, 常設低圧代替注水系格納槽可搬型ポンプ用水密ハッチ及び常設代替高压電源装置用カルバート原子炉建屋側水密扉, 原子炉建屋境界地下階貫通部止水処置, 海水ポンプ室貫通部止水処置及び常設代替高压電源装置用カルバート(立坑部)貫通部止水処置については, 津波による溢水の高さに余裕を考慮した高さの水位による静水圧に対し, 耐性を評価又は試験等により止水性を確認した方法により止水性を保持する設計とする。</p> <p>【6条42】【51条47】</p>		
—	<p>(c) 津波監視設備</p> <p>津波監視設備は, 津波の襲来状況を監視可能な設計とする。津波・構内監視カメラは, 波力及び漂流物の影響を受けない位置, 取水ビット水位計及び潮位計は波力及び漂流物の影響を受けにくい位置に設置し, 津波監視機能が十分に保持できる設計とする。また, 基準地震動S₀に対して, 機能を喪失しない設計とする。設計に当たっては, 自然条件(積雪, 風荷重)との組合せを適切に考慮する。</p> <p>【6条44】【51条49】</p> <p>津波監視設備のうち津波・構内監視カメラは, 所内常設直流電源設備から給電し, 暗視機能を有したカメラにより, 昼夜にわたり中央制御室及び緊急時対策所から監視可能な</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計方針</p> <p>V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針</p> <p>4.3 津波監視設備</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-2-10-2-9-1 津波・構内監視カメラの耐震性についての計算書</p> <p>V-2-10-2-9-2 潮位計の耐震性についての計算書</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p> <p>2.5.2 要求機能及び性能目標</p> <p>2.5.5 津波監視設備の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>設計とする。</p> <p>津波監視設備のうち取水ピット水位計は、所内常設直流電源設備から給電し、T.P. -7.8 ~ T.P. +2.3 m を計測範囲として、非常用海水ポンプが設置された取水ピットの下降側の水位を中央制御室及び緊急時対策所から監視可能な設計とする。また、取水ピット水位計は取水ピットの北側と南側にそれぞれ 1 個ずつ計 2 個を多重化して設置し、漂流物の衝突に対する防止策・緩和策を講じる設計とする。</p> <p>津波監視設備のうち潮位計は、所内常設直流電源設備から給電し、T.P. -5.0 ~ T.P. +20.0 m を計測範囲として、津波の上昇側の水位を中央制御室及び緊急時対策所から監視可能な設計とする。また、潮位計は取水口入口近傍の北側と南側にそれぞれ 1 個ずつ計 2 個を多重化して設置し、漂流物の衝突に対する防止策・緩和策を講じる設計とする。</p> <p>【6 条 45】 【51 条 50】</p>	V-2-10-2-9-3 取水ピット水位計の耐震性についての計算書	
—	<p>b. 荷重の組合せ及び許容限界</p> <p>津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備の設計に当たっては、津波による荷重及び津波以外の荷重を適切に設定し、それらの組合せを考慮する。また、想定される荷重に対する部材の健全性や構造安定性について適切な許容限界を設定する。</p> <p>【6 条 46】 【51 条 51】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計方針</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 3 津波又は溢水への配慮が必要な施設の強度に関する説明書</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p>
—	<p>(a) 荷重の組合せ</p> <p>津波と組み合わせる荷重については、原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第 1 章 共通項目」のうち「2.3 外部からの衝撃によ</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>る損傷の防止」で設定している自然条件（積雪、風荷重）及び余震として考えられる地震に加え、漂流物による荷重を考慮する。津波による荷重の設定に当たっては、各施設・設備の機能損傷モードに対応した荷重の算定過程に介入する不確かさを考慮し、余裕の程度を検討した上で安全側の設定を行う。</p> <p>【6条 47】【51条 52】</p>	<p>方針</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 3 津波又は溢水への配慮が必要な施設の強度に関する説明書</p>	
—	<p>(b) 許容限界</p> <p>津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備の許容限界は、地震後、津波後の再使用性や、津波の繰返し作用を想定し、施設・設備を構成する材料が概ね弾性状態に留まることを基本とする。</p> <p>【6条 48】【51条 53】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計方針</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 3 津波又は溢水への配慮が必要な施設の強度に関する説明書</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p>
—	<p>(2) 敷地に遡上する津波に対する津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計</p> <p>a. 設計方針</p> <p>津波防護施設、浸水防止設備及び津波監視設備については、「1.2 入力津波の設定 (2) 敷地に遡上する津波による入力津波の設定」で設定している入力津波に対して、敷地に遡上する津波に対する津波防護対象設備の要求される機能を損なうおそれがないよう以下の機能を満足する設計とする。</p> <p>防潮堤及び防潮扉については、敷地に遡上する津波の越流時の耐性を確保することで防潮堤の高さ及び止水性を保持するとともに、漂流物の衝突荷重の影響を考慮した設計とする。その他の考慮事項としては、「(1) 基準津波に対する津波防護対策に必要な浸水防護施設の設</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計方針</p> <p>V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針</p> <p>4.1 津波防護施設</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 3 津波又は溢水への配慮が必要な施設の強度に関する説明書</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p> <p>2.5.2 要求機能及び性能目標</p> <p>2.5.3 津波防護施設の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>計 a. 設計方針」と同じである。</p> <p>【54 条波 42】</p> <p>(a) 津波防護施設</p> <p>津波防護施設のうち、原子炉建屋外壁、原子炉建屋水密扉、放水路ゲート及び構内排水路逆流防止設備については、敷地に遡上する津波の入力津波による波圧等に対する耐性を評価し、止水性を保持する設計とする。構内排水路逆流防止設備は、漂流物の堆積及び異物の噛み込みによる影響を考慮した設計とする。</p> <p>主要な構造体の境界部に対する設計は、敷地に遡上する津波の入力津波に対して「(1) 基準津波に対する津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計 a. 設計方針」に記載する内容と同じである。</p> <p>【54 条波 43】</p>	<p>V-3-別添 3-1 津波への配慮が必要な施設の強度計算の方針</p>	
—	<p>(b) 浸水防止設備</p> <p>浸水防止設備の設計は、敷地に遡上する津波の入力津波に対して「(1) 基準津波に対する津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計 a. 設計方針」に記載する内容と同じである。</p> <p>浸水防止設備として、「(1) 基準津波に対する津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計 a. 設計方針」に記載する設備（海水ポンプ室ケーブル点検口を除く。）に加え、原子炉建屋外壁及び原子炉建屋水密扉を設置し、止水性を保持する設計とする。</p> <p>貫通部止水処置のうち、原子炉建屋境界 1 階貫通部止水処置については、敷地に遡上する津波の入力津波による波圧等に対し、耐性を評価又は試験等により止水性を確認した方法により止水性を保持する設計とする。その他の貫通部止水処置の設計については、敷地に遡上する津波の入力津波に対して「(1) 基準津波に対する津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計 a. 設計方針」に記載す</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計方針</p> <p>V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針</p> <p>4.2 浸水防止設備</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 3 津波又は溢水への配慮が必要な施設の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 3-1 津波への配慮が必要な施設の強度計算の方針</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p> <p>2.5.2 要求機能及び性能目標</p> <p>2.5.4 浸水防止設備の設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>る内容と同じである。</p> <p>【54 条波 44】</p>		
—	<p>(c) 津波監視設備</p> <p>津波監視設備は、津波の襲来状況を監視可能な設計とする。津波・構内監視カメラのうち原子炉建屋屋上に設置する津波・構内監視カメラは、波力及び漂流物の影響を受けない位置、潮位計は波力及び漂流物の影響を受けない位置に設置し、敷地に遡上する津波に対しても津波監視機能が十分に保持できる設計とする。また、基準地震動 S_s に対して、機能を喪失しない設計とする。さらに、自然条件（積雪、風荷重）との組合せを適切に考慮する。</p> <p>【54 条波 45】</p> <p>津波監視設備のうち原子炉建屋屋上に設置する津波・構内監視カメラは、所内常設直流電源設備から給電し、暗視機能を有したカメラにより、昼夜にわたり中央制御室及び緊急時対策所から監視可能な設計とする。</p> <p>津波監視設備のうち潮位計は、所内常設直流電源設備から給電し、計測範囲は T.P. - 5.0 ~ T.P. + 20.0 m であり、敷地に遡上する津波の第 1 波は、一時的に計測範囲を超えるが、その後も津波の上昇側の水位を中央制御室及び緊急時対策所から監視可能な設計とする。また、潮位計は取水口入口近傍の北側と南側にそれぞれ 1 個ずつ計 2 個を多重化して設置し、漂流物の衝突に対する防止策・緩和策を講じる設計とする。</p> <p>【54 条波 46】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計方針</p> <p>V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針</p> <p>4.3 津波監視設備</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1 耐震設計の基本方針</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-2-10-2-9-1 津波・構内監視カメラの耐震性についての計算書</p> <p>V-2-10-2-9-2 潮位計の耐震性についての計算書</p> <p>V-2-10-2-9-3 取水ピット水位計の耐震性についての計算書</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.4 入力津波による津波防護対象設備への影響評価の実施</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p> <p>2.5.2 要求機能及び性能目標</p> <p>2.5.5 津波監視設備の設計</p>
—	<p>b. 荷重の組合せ及び許容限界</p> <p>防潮堤及び防潮扉、津波防護施設、浸水防止設備並びに津波監視設備の設計に当たっては、津波による荷重及び津波以外の荷重を適切に設定し、それらの組合せを考慮する。また、想定される荷重に対する部材の健全性及び構造安定性について適切な許容限界を設定する。</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書</p> <p>V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針</p> <p>2.1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計方針</p> <p>V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>【54 条波 47】</p>	<p>5.2 荷重及び荷重の組合せ</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1 耐震設計の基本方針 V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-3 強度に関する説明書 V-3-別添 3 津波又は溢水への配慮が必要な施設の強度に関する説明書</p>	
—	<p>(a) 荷重の組合せ</p> <p>津波と組み合わせる荷重については、原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第 1 章 共通項目」のうち「2.3 外部からの衝撃による損傷の防止」で設定している自然条件（積雪、風荷重）及び余震として考えられる地震に加え、漂流物による荷重を考慮する。</p> <p>「1.2 入力津波の設定 (2) 敷地に遡上する津波による入力津波の設定」に記載のとおり、防潮堤外側における津波荷重の設定に当たっては、敷地に遡上する津波の高さを初期条件としてあらかじめ設定することから数値計算上の不確かさは考慮しない。</p> <p>防潮堤内側においては、各施設・設備の機能損傷モードに対応した荷重の算定過程に介在する不確かさを考慮し、余裕の程度を検討した上で安全側の設定を行う。</p> <p>【54 条波 48】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書 V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針 2.1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計方針</p> <p>V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針 5.2.2 荷重の組合せ</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1 耐震設計の基本方針 V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-3 強度に関する説明書 V-3-別添 3 津波又は溢水への配慮が必要な施設の強度に関する説明書</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p>
—	<p>(b) 許容限界</p> <p>防潮堤及び防潮扉、津波防護施設、浸水防止設備並びに津波監視設備の許容限界は、地震後、津波後の再使用性や、津波の繰返し作用を想定し、施設・設備を構成する材料が概ね弾性状態に留まることを基本とする。</p> <p>【54 条波 49】</p>	<p>V-1-1-2 発電用原子炉施設の自然現象等による損傷の防止に関する説明書 V-1-1-2-2-1 耐津波設計の基本方針 2.1.4 津波防護対策に必要な浸水防護施設の設計方針</p> <p>V-1-1-2-2-5 津波防護に関する施設の設計方針 5.1 構造強度の設計方針</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書 V-2-1 耐震設計の基本方針</p>	<p>2. 耐津波設計</p> <p>2.5 津波防護に関する施設の設計方針の設定</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
		V-2-1-9 機能維持の基本方針 V-3 強度に関する説明書 V-3-別添 3 津波又は溢水への配慮が必要な施設の強度に関する説明書	
	<p>2. 発電用原子炉施設内における溢水等による損傷の防止</p> <p>2.1 溢水防護等の基本方針</p> <p>設計基準対象施設が、発電用原子炉施設内における溢水が発生した場合においても、その安全性を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>そのために、溢水防護に係る設計時に発電用原子炉施設内で発生が想定される溢水の影響を評価(以下「溢水評価」という。)し、運転状態にある場合は発電用原子炉施設内における溢水が発生した場合においても、原子炉を高温停止及び、引き続き低温停止することができ、並びに放射性物質の閉じ込め機能を維持できる設計とする。また、停止状態にある場合は、引き続きその状態を維持できる設計とする。さらに使用済燃料プールにおいては、使用済燃料プールの冷却機能及び使用済燃料プールへの給水機能を維持できる設計とする。</p> <p>【12条1】</p> <p>「発電用軽水型原子炉施設の安全評価に関する審査指針」を踏まえ、溢水により発生し得る原子炉外乱及び溢水の原因となり得る原子炉外乱を抽出し、主給水流量喪失、原子炉冷却材喪失等の運転時の異常な過渡変化又は設計基準事故の対処に必要な機器に対し、単一故障を考慮しても異常状態を収束できる設計とする。</p> <p>これらの機能を維持するために必要な設備(以下「溢水防護対象設備」という。)が発生を想定する没水、被水及び蒸気の影響を受けて、要求される機能を損なうおそれがない設計(多重性又は多様性を有する設備が同時にその機能を損なうおそれがない設計)とする。</p> <p>【12条2】</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2. 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.1 防護すべき設備の設定</p> <p>2.3 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>V-1-1-8-2 防護すべき設備の設定</p> <p>2. 防護すべき設備の設定</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.1 基本方針の設定</p> <p>3.2 防護すべき設備の設定</p> <p>3.3 評価の実施</p> <p>3.3.2 溢水評価及び防護設計方針</p>
	<p>重大事故等対処設備に期待する機能については、</p>	V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明	3. 溢水防護に関する設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>溢水影響を受けて設計基準事故対処設備並びに使用済燃料プールの冷却設備及び給水設備（以下「設計基準事故対処設備等」という。）と同時に機能を損なうおそれがないよう、被水及び蒸気影響に対しては可能な限り設計基準事故対処設備等と位置的分散を図り、没水の影響に対しては溢水水位を考慮した位置に設置又は保管する。</p> <p>【54 条 25】 溢水影響に対し防護すべき設備（以下「防護すべき設備」という。）として溢水防護対象設備及び重大事故等対処設備を設定する。</p> <p>【12 条 3-1】 なお、施設定期検査時については、使用済燃料プール、原子炉ウエル及びドライヤセパレータプールのスロッシングにより発生する溢水をそれぞれのプール等へ戻すことで、原子炉建屋原子炉棟 6 階よりも下層階に流下させない設計とし、原子炉建屋原子炉棟 6 階よりも下層階に設置される防護すべき設備がその機能を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>【12 条 3-2】 発電用原子炉施設内の放射性物質を含む液体を内包する容器、配管その他の設備（ポンプ、弁、使用済燃料プール、サイトバンカプール、原子炉ウエル、ドライヤセパレータプール）から放射性物質を含む液体があふれ出るおそれがある場合において、当該液体が管理区域外へ漏えいすることを防止する設計とする。</p> <p>【12 条 4】 <u>溢水評価条件の変更により評価結果が影響を受けないことを確認するために、評価条件変更の都度、溢水評価を実施することとし保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【12 条 5】</p>	<p>書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2. 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.1 防護すべき設備の設定</p> <p>2.3 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>V-1-1-8-2 防護すべき設備の設定</p> <p>2. 防護すべき設備の設定</p> <p><下線部> 運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>3.1 基本方針の設定</p> <p>3.2 防護すべき設備の設定</p> <p>3.3 評価の実施</p> <p>3.3.2 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>(3) 管理区域外への漏えい防止に関する溢水評価及び防護設計方針</p> <p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>2.2 防護すべき設備の設定</p> <p>溢水によってその安全機能が損なわれないことを確認する必要がある施設を、発電用軽水型原子炉施設の安全機能の重要度分類に関する審査指針（以下「重要度分類審査指針」という。）における分類</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2. 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.1 防護すべき設備の設定</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.2 防護すべき設備の設定</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>のクラス 1, クラス 2 及びクラス 3 に属する構築物, 系統及び機器とする。</p> <p>この中から, 溢水防護上必要な機能を有する構築物, 系統及び機器を選定する。</p> <p>具体的には, 運転状態にある場合には原子炉を高温停止, 引き続き低温停止することができ, 並びに放射性物質の閉じ込め機能を維持するため, 停止状態にある場合は引き続きその状態を維持するため, 及び使用済燃料プールの冷却機能及び給水機能を維持するために必要となる, 重要度分類審査指針における分類のクラス 1, 2 に属する構築物, 系統及び機器に加え, 安全評価上その機能を期待するクラス 3 に属する構築物, 系統及び機器を抽出する。</p> <p>以上を踏まえ, 防護すべき設備のうち溢水防護対象設備として, 重要度の特に高い安全機能を有する構築物, 系統及び機器, 並びに, 使用済燃料プールの冷却機能及び給水機能を維持するために必要な構築物, 系統及び機器を選定する。</p> <p>【12 条 6】</p> <p>また, 重大事故等対処設備も防護すべき設備として選定する。</p> <p>【12 条 7】</p>	<p>V-1-1-8-2 防護すべき設備の設定</p> <p>2. 防護すべき設備の設定</p>	
—	<p>2.3 溢水源及び溢水量の設定</p> <p>溢水影響を評価するために想定する機器の破損等により生じる溢水 (以下「想定破損による溢水」という。), 発電所内で生じる異常状態 (火災を含む。) の拡大防止のために設置される系統からの放水による溢水 (以下「消火水の放水による溢水」という。) 並びに地震に起因する機器の破損及び使用済燃料プール等のスロッシングにより生じる溢水 (以下「地震起因による溢水」という。) を踏まえ, 溢水源及び溢水量を設定する。</p> <p>また, その他の要因による溢水として, 地下水の流入, 地震以外の自然現象, 機器の誤作動等により生じる溢水 (以下「その他の溢水」という。) の影響も評価する。</p> <p>【12 条 8】</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.2 溢水評価条件の設定</p> <p>V-1-1-8-3 溢水評価条件の設定</p> <p>2. 溢水源及び溢水量の設定</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.3 評価の実施</p> <p>3.3.1 溢水評価条件の設定</p> <p>(1) 溢水源及び溢水量の設定</p>
—	<p>想定破損による溢水では, 単一の配管の破損によ</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>る溢水を想定して、配管の破損箇所を溢水源として設定する。</p> <p>また、破損を想定する配管は、内包する流体のエネルギーに応じて、高エネルギー配管又は低エネルギー配管に分類する。</p> <p>高エネルギー配管は、「完全全周破断」、低エネルギー配管は、「配管内径の 1/2 の長さで配管肉厚の 1/2 の幅を有する貫通クラック」（以下「貫通クラック」という。）を想定した溢水量とする。</p> <p>ただし、高エネルギー配管についてはターミナルエンド部を除き応力評価の結果により、原子炉冷却材圧力バウンダリ及び原子炉格納容器バウンダリの配管であれば発生応力が許容応力の 0.8 倍以下であれば破損を想定せず、原子炉冷却材圧力バウンダリ及び原子炉格納容器バウンダリ以外の配管であれば発生応力が許容応力の 0.4 倍を超え 0.8 倍以下であれば「貫通クラック」による溢水を想定した評価とし、0.4 倍以下であれば破損は想定しない。</p> <p>また、低エネルギー配管については、発生応力が許容応力の 0.4 倍以下であれば破損は想定しない。</p> <p><u>発生応力と許容応力の比較により破損形状の想定を行う場合は、評価結果に影響するような減肉がないことを確認するために継続的な肉厚管理を実施することとし保安規定に定めて管理する。</u></p> <p><u>高エネルギー配管のうち、高エネルギー配管として運転している割合が当該系統の運転している時間の 2 % 又はプラント運転期間の 1 % より小さいことから低エネルギー配管とする系統については、運転時間実績管理を実施することとし保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【12 条 9】</p>	<p>書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.2 溢水評価条件の設定</p> <p>V-1-1-8-3 溢水評価条件の設定</p> <p>2. 溢水源及び溢水量の設定</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>3.3 評価の実施</p> <p>3.3.1 溢水評価条件の設定</p> <p>(1) 溢水源及び溢水量の設定</p> <p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>消火水の放水による溢水では、消火活動に伴う消火栓からの放水を溢水量として設定する。発電所内で生じる異常状態（火災を含む。）の拡大防止のために設置されるスプリンクラ及び格納容器スプレイ系統からの溢水については、防護すべき設備が溢水影響を受けない設計とする。</p> <p>【12 条 10】</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.2 溢水評価条件の設定</p> <p>V-1-1-8-3 溢水評価条件の設定</p> <p>2. 溢水源及び溢水量の設定</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.3 評価の実施</p> <p>3.3.1 溢水評価条件の設定</p> <p>(1) 溢水源及び溢水量の設定</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>地震起因による溢水では、流体を内包することで溢水源となり得る機器のうち、基準地震動S_sによる地震力により破損するおそれがある機器及び使用済燃料プールのスロッシングによる漏えい水を溢水源として設定する。</p> <p>耐震Sクラス機器については、基準地震動S_sによる地震力によって破損は生じないことから溢水源として想定しない。また、耐震B及びCクラス機器のうち耐震対策工事の実施又は設計上の裕度の考慮により、基準地震動S_sによる地震力に対して耐震性が確保されているものについては溢水源として想定しない。</p> <p>溢水源となる配管については破断形状を完全全周破断を考慮した溢水量とし、溢水源となる容器については全保有水量を考慮した溢水量とする。</p> <p>また、使用済燃料プールのスロッシングによる溢水量の算出に当たっては、基準地震動S_sにより発生する使用済燃料プールのスロッシングにて使用済燃料プール外へ漏えいする溢水量を算出する。</p> <p>また、施設定期検査中においては、使用済燃料プール、原子炉ウエル及びドライヤセパレータプールのスロッシングによる漏えい水を溢水源とし溢水量を算出する。</p> <p>【12条11】</p>		
-	<p>その他の溢水については、地下水の流入、降水、屋外タンクの竜巻による飛来物の衝突による破損に伴う漏えい等の地震以外の自然現象に伴う溢水、機器の誤作動、弁グランド部、配管フランジ部からの漏えい事象等を想定する。</p> <p>溢水量の算出に当たっては、漏水が生じるとした機器のうち防護すべき設備への溢水の影響が最も大きくなる位置で漏水が生じるものとして評価する。</p> <p>また、溢水量の算出において、隔離による漏えい停止を期待する場合には、漏えい停止までの適切な隔離時間を考慮し、配管の破損箇所から流出した漏水量と隔離後の溢水量として隔離範囲内の系統の保有水量を合算して設定する。なお、手動による漏</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.2 溢水評価条件の設定</p> <p>V-1-1-8-3 溢水評価条件の設定</p> <p>2. 溢水源及び溢水量の設定</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.3 評価の実施</p> <p>3.3.1 溢水評価条件の設定</p> <p>(1) 溢水源及び溢水量の設定</p> <p><下線部></p> <p>-</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p><u>えい停止の手順は、保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【12条12】</p>		
—	<p>2.4 溢水防護区画及び溢水経路の設定</p> <p>溢水影響を評価するために、溢水防護区画及び溢水経路を設定する。</p> <p>溢水防護区画は、防護すべき設備が設置されている全ての区画並びに中央制御室及び現場操作が必要な設備へのアクセス通路について設定する。</p> <p>溢水防護区画は壁、扉、堰、床段差等、又はそれらの組み合わせによって他の区画と分離される区画として設定し、溢水防護区画内外で発生を想定する溢水に対して、当該区画内の溢水水位が最も高くなるように保守的に溢水経路を設定する。</p> <p>また、消火活動により区画の扉を開放する場合は、開放した扉からの消火水の伝播を考慮した溢水経路とする。</p> <p><u>溢水経路を構成する水密扉に関しては、扉の閉止運用を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p><u>また、原子炉建屋原子炉棟6階の大型機器搬入口開口部及び燃料輸送容器搬出口開口部に関して、キヤスク搬出入時における原子炉建屋原子炉棟溢水拡大防止堰6-4（鋼板部）の取り外しの運用並びに原子炉建屋原子炉棟6階の残留熱除去系A系及びB系の熱交換器ハッチ開口部に関して、ハッチを開放する場合における原子炉建屋原子炉棟止水板6-1（高さ□m以上）及び原子炉建屋原子炉棟止水板6-2（高さ□m以上）の設置の運用を保安規定に定めて管理する。</u></p> <p>【12条13】</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.2 溢水評価条件の設定</p> <p>V-1-1-8-3 溢水評価条件の設定</p> <p>3. 溢水防護区画及び溢水経路の設定</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.3 評価の実施</p> <p>3.3.1 溢水評価条件の設定</p> <p>(2) 溢水防護区画及び溢水経路の設定</p> <p><下線部></p> <p>—</p>
—	<p>2.5 防護すべき設備を内包する建屋内及びエリア内で発生する溢水に関する溢水評価及び防護設計方針</p> <p>(1) 没水の影響に対する評価及び防護設計方針</p> <p>発生を想定する溢水量、溢水防護区画及び溢水経路から算出される溢水水位と防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがある高さ（以下「機能喪失高さ」という。）を評価し、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがな</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.3 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>2.4 溢水防護に関する施設の設計方針</p> <p>V-1-1-8-4 溢水影響に関する評価</p> <p>2. 溢水評価</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.3 評価の実施</p> <p>3.3.2 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>(1) 防護すべき設備に関する溢水評価及び防護設計方針</p> <p>a. 没水影響評価</p> <p>3.4 溢水防護施設の詳細設計</p> <p>3.4.2 溢水伝播を防止する設備</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>い設計とする。</p> <p>また、溢水の流入状態、溢水源からの距離、人員のアクセス等による一時的な水位変動を考慮し、機能喪失高さは溢水による水位に対して裕度を確保する設計とする。</p> <p>【12条 14】</p> <p>没水の影響により、防護すべき設備が溢水による水位に対し機能喪失高さを確保できないおそれがある場合は、溢水水位を上回る高さまで、溢水により発生する水圧に対して止水性（以下「止水性」という。）を維持する壁、扉、堰、逆流防止装置又は貫通部止水処置により溢水伝播を防止するための対策を実施する。</p> <p>止水性を維持する浸水防護施設については、試験又は机上評価にて止水性を確認する設計とする。</p> <p>【12条 15】</p>	<p>V-1-1-8-5 溢水防護施設の詳細設定</p> <p>2. 設計の基本方針</p> <p>3. 要求機能及び性能目標</p> <p>4. 機能設計</p>	
—	<p>(2) 被水の影響に対する評価及び防護設計方針</p> <p>溢水源からの直線軌道及び放物線軌道の飛散による被水及び天井面の開口部若しくは貫通部からの被水が、防護すべき設備に与える影響を評価する。</p> <p>防護すべき設備は、浸水に対する保護構造（以下「保護構造」という。）を有し、被水影響を受けても要求される機能を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>保護構造を有さない場合は、機能を損なうおそれがない配置設計又は被水の影響が発生しないよう当該設備が設置される溢水防護区画において水消火を行わない消火手段（ハロゲン化物消火設備による消火、二酸化炭素自動消火設備による消火、消火器による消火）を採用する設計とする。</p> <p>保護構造により要求される機能を損なうおそれがない設計とする設備については、評価された被水条件を考慮しても要求される機能を損なうおそれがないことを設計時に確認する。</p> <p><u>消火対象以外の設備への誤放水がないよう、消火水放水時に不用意な放水を行わない運用とす</u></p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.3 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>2.4 溢水防護に関する施設の設計方針</p> <p>V-1-1-8-4 溢水影響に関する評価</p> <p>2. 溢水評価</p> <p>V-1-1-8-5 溢水防護施設の詳細設定</p> <p>2. 設計の基本方針</p> <p>3. 要求機能及び性能目標</p> <p>4. 機能設計</p> <p><下線部></p> <p>運用に関する記載であり、保安規定にて対応</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.3 評価の実施</p> <p>3.3.2 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>(1) 防護すべき設備に関する溢水評価及び防護設計方針</p> <p>b. 被水影響評価</p> <p><下線部></p> <p>—</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>ることとし保安規定に定めて管理する。</p> <p>【12 条 16】</p>		
	<p>(3) 蒸気影響に対する評価及び防護設計方針 区画内で発生を想定する漏えい蒸気、区画間を拡散する漏えい蒸気及び破損想定箇所近傍での漏えい蒸気の直接噴出による影響について、設定した空調条件や解析区画条件により評価する。 蒸気曝露試験又は試験困難な場合等に実施した机上評価により、防護すべき設備の健全性を確認した条件が、漏えい蒸気による環境条件(温度、湿度及び圧力)を満足し、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがない設計又は配置とする。</p> <p>【12 条 17】</p> <p>漏えい蒸気の影響により、防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがある場合は、漏えい蒸気影響を緩和するための対策を実施する。 具体的には、蒸気の漏えいを早期に自動検知し、直ちに自動隔離を行うために、自動検知・遠隔隔離システム(温度検出器、蒸気遮断弁、検知制御・監視盤)を設置する。所内蒸気系統に設置する蒸気遮断弁は、隔離信号発信後 <input type="text"/> 秒以内に自動隔離する設計とする。 蒸気の漏えいの自動検知及び自動遠隔隔離だけでは防護すべき設備が要求される機能を損なうおそれがある配管破断想定箇所には、防護カバーを設置し、防護カバーと配管のすき間(両側合計 <input type="text"/> mm 以下)を設定することで漏えい蒸気影響を緩和する設計とする。</p> <p>【12 条 18】</p> <p>また、主蒸気管破断事故時等には、原子炉建屋原子炉棟内外の差圧による原子炉建屋外側ブローアウトパネル(設置枚数 <input type="text"/> 枚、開放差圧 <input type="text"/> kPa 以下)の開放により、溢水防護区画内において蒸気影響を軽減する設計とする。</p> <p>【12 条 19】</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.3 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>2.4 溢水防護に関する施設の設計方針</p> <p>V-1-1-8-4 溢水影響に関する評価</p> <p>2. 溢水評価</p> <p>V-1-1-8-5 溢水防護施設の詳細設定</p> <p>2. 設計の基本方針</p> <p>3. 要求機能及び性能目標</p> <p>4. 機能設計</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.3 評価の実施</p> <p>3.3.2 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>(1) 防護すべき設備に関する溢水評価及び防護設計方針</p> <p>c. 蒸気影響評価</p> <p>3.4 溢水防護施設の詳細設計</p> <p>3.4.3 蒸気影響を緩和する設備</p> <p>(1) 自動検知・遠隔隔離システム</p> <p>(2) 防護カバー</p>
	<p>(4) 使用済燃料プールのスロッシング後の機能維持に関する溢水評価及び防護設計方針</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.3 評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>使用済燃料プールのスロッシングによる溢水量の算出に当たっては、基準地震動S_0による地震力によって生じるスロッシング現象を三次元流動解析により評価し、使用済燃料プール外へ漏れいする水量を考慮する。</p> <p>その際、使用済燃料プールの初期条件は保守的となるように設定する。</p> <p>算出した溢水量からスロッシング後の使用済燃料プールの水位低下を考慮しても、使用済燃料プールの冷却機能及び使用済燃料プールへの給水機能を確保し、それらを用いることにより適切な水温及び遮蔽水位を維持できる設計とする。</p> <p>なお、施設定期検査時においては、スロッシングによる溢水が使用済燃料プール、原子炉ウエル及びドライヤセパレータプールへ戻ることにより、スロッシング後にも使用済燃料プールの適切な水温及び遮蔽水位を維持できる設計とする。</p> <p>【12条 20】</p>	<p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.3 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>V-1-1-8-4 溢水影響に関する評価</p> <p>2. 溢水評価</p>	<p>3.3.2 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>(1) 防護すべき設備に関する溢水評価及び防護設計方針</p> <p>d. 使用済燃料プールの機能維持評価</p>
	<p>2.6 防護すべき設備を内包する建屋外及びエリア外で発生する溢水に関する溢水評価及び防護設計方針</p> <p>防護すべき設備を内包する建屋外及びエリア外で発生を想定する溢水である循環水管の伸縮継手の破損による溢水、屋外タンクで発生を想定する溢水、地下水等による影響を評価し、防護すべき設備を内包する建屋内及びエリア内へ溢水が流入し伝播しない設計とする。</p> <p>具体的には、循環水管の伸縮継手による溢水量低減対策及び溢水水位に対して止水性を維持する壁、扉、蓋の設置及び貫通部止水処置を実施し、溢水の伝播を防止する設計とする。</p> <p>【12条 21】</p> <p>海水ポンプエリア外及びタービン建屋内における循環水管の伸縮継手の破損による溢水量低減については、循環水管の伸縮継手の破損箇所からの溢水を早期に自動検知し、隔離（地震起因による伸縮継手の破損の場合は自動隔離、それ以外は中央制御室からの遠隔手動隔離）を行うために、循環水系隔</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.3 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>2.4 溢水防護に関する施設の設計方針</p> <p>V-1-1-8-4 溢水影響に関する評価</p> <p>2. 溢水評価</p> <p>3. 溢水防護区画を内包する建屋外からの流入防止</p> <p>V-1-1-8-5 溢水防護施設の詳細設定</p> <p>2. 設計の基本方針</p> <p>3. 要求機能及び性能目標</p> <p>4. 機能設計</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.3 評価の実施</p> <p>3.3.2 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>(2) 溢水防護区画を内包する建屋外からの流入防止に関する溢水評価及び防護設計方針</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>離システム（漏えい検知器、循環水ポンプ出口弁、復水器水室出入口弁、検知制御盤及び検知監視盤）を設置する。隔離信号発信後□分以内に循環水ポンプ及び循環水ポンプ出口弁、復水器水室出入口弁を自動隔離する設計とする。</p> <p>さらに、海水ポンプエリア外の循環水管については、伸縮継手を可撓継手構造に取替え、継手部のすき間（合計□mm以下）を設定する設計とすることで、破損箇所からの溢水量を低減する設計とする。</p> <p>【12条 22】</p> <p>また、地下水に対しては、排水ポンプの故障等により建屋周囲の水位が地表面まで上昇することを想定し、建屋外周部における壁及び貫通部止水処置により防護すべき設備を内包する建屋内へ伝播しない設計とする。</p> <p>【12条 23】</p> <p>止水性を維持する浸水防護施設については、試験又は机上評価にて止水性を確認する設計とする。</p> <p>【12条 24】</p>		
—	<p>2.7 管理区域外への漏えい防止に関する溢水評価及び防護設計方針</p> <p>放射性物質を含む液体を内包する容器、配管その他の設備（ポンプ、弁、使用済燃料プール、サイトバンカプール、原子炉ウエル、ドライヤセパレータプール）からあふれ出る放射性物質を含む液体の溢水量、溢水防護区画及び溢水経路により溢水水位を評価し、放射性物質を内包する液体が管理区域外に漏えいすることを防止し伝播しない設計とする。なお、地震時における放射性物質を含む液体の溢水量の算出については、要求される地震力を用いて設定する。</p> <p>放射性物質を含む液体が管理区域外に伝播するおそれがある場合には、溢水水位を上回る高さまで、止水性を維持する堰により管理区域外への溢水伝播を防止するための対策を実施する。</p> <p>【12条 25】</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p> <p>V-1-1-8-1 溢水等による損傷防止の基本方針</p> <p>2.3 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>2.4 溢水防護に関する施設の設計方針</p> <p>V-1-1-8-4 溢水影響に関する評価</p> <p>2. 溢水評価</p> <p>4. 管理区域外への漏えい防止に関する溢水評価</p> <p>V-1-1-8-5 溢水防護施設の詳細設定</p> <p>2. 設計の基本方針</p> <p>3. 要求機能及び性能目標</p> <p>4. 機能設計</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.3 評価の実施</p> <p>3.3.2 溢水評価及び防護設計方針</p> <p>(3) 管理区域外への漏えい防止に関する溢水評価及び防護設計方針</p>
—	<p>2.8 溢水防護上期待する浸水防護施設の構造強度設計</p>	<p>V-1-1-8 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p>	<p>3. 溢水防護に関する設計</p> <p>3.3 評価の実施</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	<p>溢水防護区画及び溢水経路の設定並びに溢水評価において期待する浸水防護施設の構造強度設計は、以下のとおりとする。</p> <p>浸水防護施設が要求される機能を維持するため、計画的に保守管理、点検を実施するとともに必要に応じ補修を実施する。</p> <p>【12条 26】</p> <p>壁、堰、扉、蓋、逆流防止装置及び貫通部止水処置については、基準地震動S_0による地震力に対し、地震時及び地震後においても、溢水伝播を防止する機能を損なうおそれがない設計とする。ただし、放射性物質を含む液体が管理区域外に伝播することを防止するために設置する堰については、要求される地震力に対し、地震時及び地震後においても、溢水伝播を防止する機能を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>漏えい蒸気影響を緩和する防護カバーの設計においては、配管の破断により発生する荷重に対し、蒸気影響を緩和する機能を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>循環水管の伸縮継手の破損箇所からの溢水量を低減する可撓継手及び循環水系隔離システムに係る設備の設計においては、基準地震動S_0による地震力に対し、地震時及び地震後においても、溢水量を低減する機能を損なうおそれがない設計とする。</p> <p>【12条 27】</p>	<p>V-1-1-8-5 溢水防護施設の詳細設定</p> <p>2. 設計の基本方針</p> <p>3. 要求機能及び性能目標</p> <p>4. 機能設計</p> <p>V-2 耐震性に関する説明書</p> <p>V-2-1-9 機能維持の基本方針</p> <p>V-3 強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 3 津波又は溢水への配慮が必要な施設の強度に関する説明書</p> <p>V-3-別添 3-3 溢水への配慮が必要な施設の強度計算の方針</p>	<p>3.4.1 要求機能及び性能目標</p> <p>3.4.2 溢水伝播を防止する設備</p> <p>3.4.3 蒸気影響を緩和する設備</p>
—	<p>3. 主要対象設備</p> <p>浸水防護施設の対象となる主要な設備について、「表 1 浸水防護施設の主要設備リスト」に示す。</p>	—	— (「主要設備リスト」による)

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-13 【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（その他附属施設
補機駆動用燃料設備（非常用電源設備
及び補助ボイラーに係るものを除く。））】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：補機駆動用燃料設備】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置、構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
—	第1章 共通項目 補機駆動用燃料設備の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.3 使用中の亀裂等による破壊の防止, 5.5 安全弁等, 5.6 逆止め弁を除く。), 6. その他」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	—	1. 共通的に適用される設計
—	第2章 個別項目 1. 補機駆動用燃料設備 ディーゼル駆動消火ポンプ（東海, 東海第二発電所共用）の駆動用燃料は, ディーゼル駆動消火ポンプ用燃料タンク（東海, 東海第二発電所共用）に貯蔵し, 必要な容量を確保することで, 安全性を損なわない設計とする。 【11条86】【15条17】【52条82】 可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプのポンプ駆動用燃料は, 可搬型代替注水中型ポンプ車載燃料タンク又は可搬型代替注水大型ポンプ車載燃料タンクに貯蔵する。 可搬型設備用軽油タンクは, 可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプの燃料を貯蔵できる設計とする。 可搬型代替注水中型ポンプ, 可搬型代替注水大型ポンプ及びタンクローリ（走行用の燃料タンク）等は, 可搬型設備用軽油タンクからタンクローリを用いて燃料を補給できる設計とする。 【54条92】【54条98】【62条10】【63条20】【64条9】 【65条29】【66条9】【66条22】【67条24】【69条14】 【69条24】【69条30】【69条40】【69条45】【69条49】	V-1-1-4-8-4 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 V-1-1-6 安全設備及び重大事故等対処設備が使用される条件の下における健全性に関する説明書 別添2 可搬型重大事故対処設備の設計方針	2. 補機駆動用燃料設備の設計 (1) 可搬型設備用軽油タンク (2) ディーゼル駆動消火ポンプ用燃料タンク (3) タンクローリ (4) 可搬型代替注水大型ポンプ車載燃料タンク (5) 可搬型代替注水中型ポンプ車載燃料タンク

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式 1 への反映結果
変更前	変更後		
	【70 条 3】【70 条 10】【71 条 15】		
—	2. 主要対象設備 補機駆動用燃料設備（非常用電源設備及び補助ボイラーに係るものを除く。）の対象となる主要な設備について、「表 1 補機駆動用燃料設備（非常用電源設備及び補助ボイラーに係るものを除く。）の主要設備リスト」に示す。	—	— （「主要設備リスト」による）

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-14 【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（その他附属施設
非常用取水設備）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：非常用取水設備】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子力設備に関する技術基準を定める省令」, 「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
第1章 共通項目 非常用取水設備の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.2 材料及び構造等, 5.3 使用中の亀裂等による破壊の防止, 5.4 耐圧試験等, 5.5 安全弁等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関, 5.8 電気設備の設計条件を除く。), 6. その他 (6.3 安全避難通路等, 6.4 放射性物質による汚染の防止を除く。)」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	第1章 共通項目 非常用取水設備の共通項目である「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.2 材料及び構造等, 5.3 使用中の亀裂等による破壊の防止, 5.4 耐圧試験等, 5.5 安全弁等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関, 5.8 電気設備の設計条件を除く。), 6. その他 (6.3 安全避難通路等, 6.4 放射性物質による汚染の防止を除く。)」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	—	1. 共通的に適用される設計
第2章 個別項目 1. 非常用取水設備の基本設計方針 設計基準事故に対処するために必要となる残留熱除去系, 非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機に使用する海水を取水し, 導水するための流路を構築するため, 取水構造物を設置することにより冷却に必要な海水を確保できる設計とする。なお, 取水構造物は, 海と接続しており容量に制限がなく必要な取水容量を十分に有している。	第2章 個別項目 1. 非常用取水設備の基本設計方針 設計基準事故に対処するために必要となる残留熱除去系, 非常用ディーゼル発電機及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機に使用する海水を取水し, 導水するための流路を構築するため, 取水構造物を設置することにより冷却に必要な海水を確保できる設計とする。なお, 取水構造物は, 海と接続しており容量に制限がなく必要な取水容量を十分に有している。 【33条15】	—	— (追加要求事項なし)
—	また, 基準津波に対して, 残留熱除去系海水系ポンプ, 非常用ディーゼル発電機用海水ポンプ及び高圧炉心スプレイ系ディーゼル発電機用海水ポンプが引き波時においても機能保持できるよう, 貯留堰を設置することにより冷却に必要な十分な容量の海水が確保できる設計とする。 【33条16】	V-1-1-3 取水口及び放水口に関する説明書 2. 基本方針 3. 取水口, 取水構造物及び貯留堰並びに緊急用海水系の取水設備 V-1-1-4-8-5 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書 (その他発電用原子炉の附属施設【非常用取水設備】)	2. 冷却水の容量を確保するための設計 (1) 入力津波に対する取水性の評価 (2) 冷却に必要な海水の貯留容量の設定及び貯留するための設備の設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
		V-2 耐震性に関する説明書 V-2-10-4 非常用取水設備の耐震性についての計算書	
—	非常用取水設備の取水構造物及び貯留堰は、設計基準事故対処設備の一部を流路として使用することから、流路に係る機能について重大事故等対処設備としての設計を行う。 【62条15】【62条22】【62条32】【62条41】【63条3】 【64条18】【64条27】【64条37】【64条45】【65条9】 【66条34】	V-1-1-3 取水口及び放水口に関する説明書 2. 基本方針 3. 取水口、取水構造物及び貯留堰並びに緊急用海水系の取水設備 V-1-1-4-8-5 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用取水設備】） V-2 耐震性に関する説明書 V-2-10-4 非常用取水設備の耐震性についての計算書	2. 冷却水の容量を確保するための設計 (1) 入力津波に対する取水性の評価 (2) 冷却に必要な海水の貯留容量の設定及び貯留ための設備の設計
—	重大事故等に対処するために必要となる可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプの取水箇所としてSA用海水ピットを設置し、SA用海水ピットに海水を導水するため、SA用海水ピット取水塔及び海水引込み管を設置する設計とする。 【62条11】【64条10】【66条10】【66条23】【69条15】 【69条25】【69条31】【69条41】【69条46】【69条50】 【70条4】【70条11】【71条16】	V-1-1-3 取水口及び放水口に関する説明書 2. 基本方針 3. 取水口、取水構造物及び貯留堰並びに緊急用海水系の取水設備 V-1-1-4-8-5 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用取水設備】）	2. 冷却水の容量を確保するための設計 (1) 入力津波に対する取水性の評価 (2) 冷却に必要な海水の貯留容量の設定及び貯留ための設備の設計
—	なお、SA用海水ピット取水塔、海水引込み管及びSA用海水ピットは、海と接続しており容量に制限がなく必要な取水容量を十分有している。また、引き波時のSA用海水ピットの水位低下時においても十分な容量の海水が確保できるよう、可搬型代替注水中型ポンプ及び可搬型代替注水大型ポンプを十分低い位置に設置する設計とする。 【71条17】	V-1-1-3 取水口及び放水口に関する説明書 2. 基本方針 3. 取水口、取水構造物及び貯留堰並びに緊急用海水系の取水設備 V-1-1-4-8-5 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用取水設備】）	2. 冷却水の容量を確保するための設計 (1) 入力津波に対する取水性の評価 (2) 冷却に必要な海水の貯留容量の設定及び貯留するための設備の設計
—	重大事故等に対処するために必要となる残留熱除去系、代替循環冷却系及び代替燃料プール冷却系の冷却用の海水を確保するために、緊急用海水ポンプの流路として、SA用海水ピット取水塔、海水引込み管及びSA用海水ピットに加え、緊急用海水取水管及び緊急用海水ポンプピットを設置する設計とする。 【62条18】【62条25】【62条35】【62条44】【63条34】 【64条21】【64条30】【64条40】【64条48】【65	V-1-1-3 取水口及び放水口に関する説明書 2. 基本方針 3. 取水口、取水構造物及び貯留堰並びに緊急用海水系の取水設備 V-1-1-4-8-5 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用取水設備】）	2. 冷却水の容量を確保するための設計 (1) 入力津波に対する取水性の評価 (2) 冷却に必要な海水の貯留容量の設定及び貯留ための設備の設計

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>条8】【66条37】【69条62】</p> <p>なお，S A用海水ピット取水塔，海水引込み管，S A用海水ピット，緊急用海水取水管及び緊急用海水ポンプピットは，海と接続しており容量に制限がなく必要な取水容量を十分有している。また，引き波時においても非常用取水設備を構成する一連の系の保有水にて冷却に必要な十分な容量の海水が確保できる設計とする。</p> <p>【63条34-1】</p>	<p>V-1-1-3 取水口及び放水口に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 取水口，取水構造物及び貯留堰並びに緊急用海水系の取水設備</p> <p>V-1-1-4-8-5 設備別記載事項の設定根拠に関する説明書（その他発電用原子炉の附属施設【非常用取水設備】）</p>	<p>2. 冷却水の容量を確保するための設計</p> <p>(1) 入力津波に対する取水性の評価</p> <p>(2) 冷却に必要な海水の貯留容量の設定及び貯留するための設備の設計</p>
<p>2. 主要対象設備</p> <p>非常用取水設備の対象となる主要な設備について，「表1 非常用取水設備の主要設備リスト」に示す。</p>	<p>2. 主要対象設備</p> <p>非常用取水設備の対象となる主要な設備について，「表1 非常用取水設備の主要設備リスト」に示す。</p>	<p>—</p>	<p>—</p> <p>(「主要設備リスト」による)</p>

設計及び工事に係る品質管理の方法等に関する説明書
に係る補足説明資料のうち

補足-140-15 【基本設計方針から工認添付説明書及び
様式－1への展開表（その他附属施設
緊急時対策所）】

基本設計方針から工認添付説明書及び様式－1への展開表

【対象施設：緊急時対策所】

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
用語の定義は「発電用原子力設備に関する技術基準を定める省令」, 「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	用語の定義は「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置, 構造及び設備の基準に関する規則」及び「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」並びにこれらの解釈による。	—	— (用語の定義のみ)
第1章 共通項目 緊急時対策所の共通項目のうち「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.2 材料及び構造等, 5.3 使用中の亀裂等による破壊の防止, 5.4 耐圧試験等, 5.5 安全弁等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関を除く), 6. その他 (6.4 放射性物質による汚染の防止を除く)」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	第1章 共通項目 緊急時対策所の共通項目のうち「1. 地盤等, 2. 自然現象, 3. 火災, 4. 溢水等, 5. 設備に対する要求 (5.2 材料及び構造等, 5.3 使用中の亀裂等による破壊の防止, 5.4 耐圧試験等, 5.5 安全弁等, 5.6 逆止め弁, 5.7 内燃機関を除く), 6. その他 (6.4 放射性物質による汚染の防止を除く)」の基本設計方針については, 原子炉冷却系統施設の基本設計方針「第1章 共通項目」に基づく設計とする。	—	1. 共通的に適用される設計
第2章 個別項目 1. 緊急時対策所 1.1 緊急時対策所の設置等 発電用原子炉施設には, 原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊その他の異常が発生した場合に適切な措置をとるため, 緊急時対策所(東海, 東海第二発電所共用(以下同じ。))を中央制御室以外の場所に設置する。緊急時対策所は, 東海発電所と共用とするが, 東海発電所と同時発災時に対応するために必要な居住性を確保する設計とすることで, 安全性を損なわない設計とする。	第2章 個別項目 1. 緊急時対策所 1.1 緊急時対策所の設置等 (1) 緊急時対策所の設置 発電用原子炉施設には, 原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊その他の異常が発生した場合に適切な措置をとるため, 緊急時対策所(東海, 東海第二発電所共用(以下同じ。))を中央制御室以外の場所に設置する。 【46条1】 緊急時対策所は, 東海発電所と共用とするが, 東海発電所と同時発災時に対応するために必要な居住性を確保する設計とすることで, 安全性を損なわない設計とする。 【15条13】	V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書 2. 基本方針	2. 緊急時対策所の設置等に関する設計 (1) 設置場所等に関する設計
—	(2) 必要な条件 緊急時対策所は, 重大事故等が発生した場合においても, 当該事故等に対処するための適切な措置が講じることができるよう, 緊急時対策所機能に係る設備を含め, 以下の設計とする。なお, 緊急時対策所は, 災害対策本部室及び宿泊・休憩室から構成され, 緊急時対策所建屋に設置する設計	—	— (冒頭宣言)

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
—	とする。 【76条1】		
—	<p>a. 耐震性及び耐津波性 緊急時対策所は、重大事故等が発生した場合においても、当該事故等に対処するための適切な措置が講じられるよう、その機能に係る設備を含め、基準地震動S_sによる地震力に対し、機能を喪失しないよう設計するとともに、基準津波の影響を受けない設計とする。</p> <p>【76条2】 緊急時対策所は敷地高さ T.P.+23 m 以上に設置し、敷地に遡上する津波による浸水の影響を受けない設計とする。</p> <p>【76条2-1】</p>	<p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書 2. 基本方針</p> <p>V-2-10-5 緊急時対策所の耐震性に関する説明書</p>	<p>2. 緊急時対策所の設置等に関する設計 (1) 設置場所等に関する設計 a. 耐震設計 b. 耐津波設計</p>
—	<p>b. 中央制御室に対する独立性 緊急時対策所の機能に係る設備は、中央制御室との共通要因により同時に機能喪失しないよう、中央制御室に対して独立性を有する設計するとともに、中央制御室とは離れた位置に設置又は保管する設計とする。</p> <p>【76条3】</p>	<p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書 2. 基本方針</p>	<p>2. 緊急時対策所の設置等に関する設計 (1) 設置場所等に関する設計 c. 中央制御室に対する独立設計</p>
—	<p>c. 代替交流電源の確保 緊急時対策所には、常用電源設備からの給電が喪失した場合に、代替電源設備である緊急時対策所用発電機（東海、東海第二発電所共用（以下同じ。））からの給電が可能な設計とする。なお、緊急時対策所用発電機は、プルーム通過時において、燃料を自動で補給し運転継続できる設計とする。</p> <p>【76条4】 緊急時対策所用発電機は、1台で緊急時対策所に給電するために必要な容量を有するものを、2台設置することで、多重性を有する設計とする。</p> <p>【76条6】</p>	<p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書 2. 基本方針 3. 緊急時対策所の機能に係る詳細設計</p>	<p>2. 緊急時対策所の設置等に関する設計 (2) 代替電源設備に関する設計</p>
—	<p>(3) 緊急時対策所の機能 緊急時対策所は、以下の措置又は設備を備えることにより緊急時対策所機能を確保する。</p> <p>a. 居住性の確保 緊急時対策所は、原子炉冷却系統に係る発電</p>	<p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書 2. 基本方針</p> <p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書 2. 基本方針</p>	<p>3. 緊急時対策所機能に係る設計 (1) 居住性の確保に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>用原子炉施設の損壊その他の異常が発生した場合に適切な措置をとるために必要な要員を収容できるとともに、それら要員が必要な期間にわたり滞在できる設計とする。</p> <p>【46条2】</p>		
—	<p>緊急時対策所は、重大事故等が発生した場合においても、重大事故等に対処するために必要な指示を行う要員に加え、原子炉格納容器の破損等による発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための対策に対処するために必要な数の要員を含め、重大事故等に対処するために必要な数の要員を収容することができるとともに、重大事故等に対処するために必要な指示を行う要員がとどまることができるよう、適切な遮蔽設計及び換気設計を行い緊急時対策所の居住性を確保する。</p> <p>【76条9】</p>	<p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3.1 居住性の確保</p> <p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 緊急時対策所の居住性を確保するための防護措置</p>	<p>3. 緊急時対策所機能に係る設計</p> <p>(1) 居住性の確保に関する設計</p> <p>a. 方針の決定</p> <p>b. 設備仕様の確認等</p> <p>(a) 換気設備等</p> <p>(b) 生体遮蔽装置</p>
—	<p>重大事故等が発生した場合における緊急時対策所の居住性については、想定する放射性物質の放出量等を東京電力ホールディングス株式会社福島第一原子力発電所事故と同等とし、かつ緊急時対策所内でのマスクの着用、交替要員体制、安定ヨウ素剤の服用及び仮設設備を考慮しない条件においても、「原子力発電所中央制御室の居住性に係る被ばく評価手法について（内規）」の手法を参考とした被ばく評価において、緊急時対策所にとどまる要員の実効線量が事故後7日間で100 mSvを超えない設計とする。</p> <p>【76条11】</p>	<p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3.1 居住性の確保</p> <p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 緊急時対策所の居住性を確保するための防護措置</p> <p>4. 緊急時対策所の居住性に係る被ばく評価</p>	<p>3. 緊急時対策所機能に係る設計</p> <p>(1) 居住性の確保に関する設計</p> <p>c. 居住性に関する評価</p> <p>(a) 被ばく評価並びに放射線の遮蔽評価及び熱除去の評価</p>
—	<p>緊急時対策所内の酸素濃度及び二酸化炭素濃度が活動に支障がない範囲にあることを把握できるよう酸素濃度計（東海、東海第二発電所共用）（個数1（予備1））及び二酸化炭素濃度計（東海、東海第二発電所共用）（個数1（予備1））を保管する設計とするとともに、室内への希ガス等の放射性物質の侵入を低減又は防止するための確実な判断ができるよう放射線</p>	<p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3.1.1 換気空調系設備等</p> <p>3.1.3 酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計</p> <p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 緊急時対策所の居住性を確保するための防護措置</p>	<p>3. 緊急時対策所機能に係る設計</p> <p>(1) 居住性の確保に関する設計</p> <p>b. 設備仕様の確認等</p> <p>(a) 換気設備等</p> <p>(c) 酸素濃度計及び二酸化炭素濃度計</p> <p>c. 居住性に関する評価</p> <p>(b) 酸素濃度及び二酸化炭素濃度評価</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>量を監視, 測定するため, さらに緊急時対策所加圧設備による加圧判断のために使用する緊急時対策所エリアモニタ及び可搬型モニタリング・ポストを保管する設計とする。</p> <p>【46条7】【76条19】</p>	置	
—	<p>緊急時対策所は, 重大事故等が発生し, 緊急時対策所の外側が放射性物質により汚染したような状況下において, 対策要員が緊急時対策所内に放射性物質による汚染を持ち込むことを防止するため, 身体サーベイ及び作業服の着替え等を行うための区画を設置する設計とする。身体サーベイの結果, 対策要員の汚染が確認された場合は, 対策要員の除染を行うことができる区画を, 身体サーベイを行う区画に隣接して設置することができるよう考慮する。</p> <p>【76条23】</p>	<p>V-1-7-2 管理区域の出入管理設備及び環境試料分析装置に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 施設の詳細設計方針</p> <p>V-1-9-3-2 緊急時対策所の居住性に関する説明書</p> <p>2. 基本方針</p> <p>3. 緊急時対策所の居住性を確保するための防護措置</p>	<p>3. 緊急時対策所機能に係る設計</p> <p>(1) 居住性の確保に関する設計</p> <p>b. 設備仕様の確認等</p> <p>(d) チェン징ングエリア</p>
—	<p>b. 情報の把握</p> <p>緊急時対策所には, 原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊その他の異常に対処するために必要な情報及び重大事故等が発生した場合においても当該事故等に対処するために必要な指示ができるよう, 重大事故等に対処するために必要な情報を, 中央制御室内の運転員を介さずに正確, かつ速やかに把握できる情報収集設備を設置する。</p> <p>【46条3】【76条21】</p>	<p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書</p> <p>3.2 情報の把握</p>	<p>3. 緊急時対策所機能に係る設計</p> <p>(2) 情報の把握に関する設計</p>
—	<p>緊急時対策所の情報収集設備として, 事故状態等の必要な情報を把握するために必要なパラメータ等を収集し, 緊急時対策所内で表示できるように, データ伝送装置, 緊急時対策支援システム伝送装置及びSPDSデータ表示装置で構成する安全パラメータ表示システム(SPDS)を設置する設計とする。</p> <p>【46条4】</p>	<p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書</p> <p>3.2 情報の把握</p>	<p>3. 緊急時対策所機能に係る設計</p> <p>(2) 情報の把握に関する設計</p>
—	<p>c. 通信連絡</p> <p>原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊その他の異常が発生した場合において, 当該事故等に対処するため, 発電所内の関係要員に指示を行うために必要な通信連絡設備及び</p>	<p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書</p> <p>3.3 通信連絡</p>	<p>3. 緊急時対策所機能に係る設計</p> <p>(3) 通信連絡に関する設計</p>

基本設計方針		工認添付説明書との関係	様式1への反映結果
変更前	変更後		
	<p>発電所外関係箇所と専用であって多様性を備えた通信回線にて通信連絡できる設計とする。</p> <p>【46条5】</p>		
—	<p>緊急時対策所には、重大事故等が発生した場合においても発電所の内外の通信連絡をする必要のある場所と通信連絡できる設計とする。</p> <p>【76条22】</p>	<p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書</p> <p>3.3 通信連絡</p>	<p>3. 緊急時対策所機能に係る設計</p> <p>(3) 通信連絡に関する設計</p>
—	<p>原子炉冷却系統に係る発電用原子炉施設の損壊その他の異常が発生した場合において、通信連絡設備により、発電所内から発電所外の緊急時対策支援システム（ERSS）へ必要なデータを伝送できるデータ伝送設備（発電所外）として、緊急時対策支援システム伝送装置を設置する設計とする。データ伝送設備（発電所外）については、通信方式の多様性を確保した専用通信回線にて伝送できる設計とする。</p> <p>緊急時対策支援システム（ERSS）へ必要なデータを伝送できる緊急時対策支援システム伝送装置で構成するデータ伝送設備（発電所外）については、重大事故等が発生した場合においても必要なデータを伝送できる設計とする。</p> <p>【46条6】 【76条24】</p>	<p>V-1-9-3-1 緊急時対策所の機能に関する説明書</p> <p>3.3 通信連絡</p>	<p>3. 緊急時対策所機能に係る設計</p> <p>(3) 通信連絡に関する設計</p>
<p>2. 主要対象設備</p> <p>緊急時対策所の対象となる主要な設備について、「表1 緊急時対策所の主要設備リスト」に示す。</p>	<p>2. 主要対象設備</p> <p>緊急時対策所の対象となる主要な設備について、「表1 緊急時対策所の主要設備リスト」に示す。</p>	—	<p>—</p> <p>(「主要設備リスト」による)</p>