

資料 2-2-2

玄海原子力発電所 3号機

蒸気発生器保管庫共用化及び保管対象物変更工事に係る

設計及び工事計画認可申請について

<補足説明資料>

九州電力株式会社

令和 2 年 8 月 25 日

## 補足説明資料リスト

資料 No	資料名
1	玄海原子力発電所 3 号機 設計及び工事計画認可申請書 補足説明資料 【蒸気発生器保管庫共用化及び保管対象物変更工事】

資料 1

玄海原子力発電所 3 号機

蒸気発生器保管庫共用化及び保管対象物変更工事に係る

設計及び工事計画認可申請について

<補足説明資料>

(玄海原子力発電所 3 号機 設計及び工事計画認可申請書

補足説明資料

【蒸気発生器保管庫共用化及び保管対象物変更工事】)

2020年8月

九州電力株式会社

## 玄海原子力発電所3号機

設計及び工事計画認可申請書

補足説明資料

【蒸気発生器保管庫共用化及び保管対象物変更工事】

本資料のうち、枠囲みの内容は、

商業機密あるいは防護上の観点

から公開できません。

## 目 次

- 補足説明資料 1 設計及び工事計画認可申請における適用条文等の整理について
- 補足説明資料 2 設計及び工事計画認可申請書に添付する書類の整理について
- 補足説明資料 3 工事の方法に関する補足説明資料
- 補足説明資料 4 既工認との差分整理表

## 設計及び工事計画認可申請における適用条文等の整理について

### 1. 概 要

本資料では、「核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律」に基づく手続きを行うにあたり、申請対象が適用を受ける「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」の条文を整理するとともに、適合性の確認が必要となる条文を明確にする。

なお、本工事に伴う「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」への適合性に係る設計方針については、令和元年 11 月 20 日付け原規規発第 1911201 号をもって発電用原子炉設置変更許可を受けている。

### 2. 適用条文の整理結果

本設計及び工事計画の申請対象である蒸気発生器保管庫の適用条文は、下表に示す通り。

#### 【凡例】

##### 「申請」欄

- ：今回の申請で適合性を確認する必要がある条文
- ×：今回の申請では適合性確認が不要な条文（適用を受けない条文、又は適用条文ではあるが、既に適合性が確認されている条文、若しくは設計及び工事の計画に係る内容に影響を受けないことが明確に確認できる条文）

##### 「適用」欄

- ：適用条文
- ×：適用を受けない条文

技術基準規則	要否判断		理由
	適用	申請	
<b>設計基準対象施設</b>			
第4条 設計基準対象施設の地盤	○	○	申請範囲については、地震力が作用した場合においても十分に支持することができる地盤に施設することを確認する必要があることから対象とする。
第5条 地震による損傷の防止	○	○	申請範囲については、耐震性を確認する必要があることから対象とする。
第6条 津波による損傷の防止	○	○	申請範囲については、基準津波によりその安全性が損なわるおそれがないことを確認する必要があることから対象とする。
第7条 外部からの衝撃による損傷の防止	○	○	申請範囲については、外部からの衝撃によりその安全性を損なわないことを確認する必要があることから対象とする。
第8条 立ち入りの防止	○	○	申請範囲については、蒸気発生器保管庫(管理区域)へ立ち入り防止のための措置を確認する必要があることから対象とする。
第9条 発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止	○	○	申請範囲については、蒸気発生器保管庫への人の不法な侵入等の防止するための措置を確認する必要があることから対象とする。
第10条 急傾斜地の崩壊の防止	○	○	申請範囲については、急傾斜地崩壊危険区域として指定された地域に施設していないことを確認する必要があるため対象とする。
第11条 火災による損傷の防止*	○	○	申請範囲については、火災によりその安全性を損なわないことを確認する必要があることから対象とする。
第12条 発電用原子炉施設内における溢水等による損傷の防止	×	×	申請範囲には、発電用原子炉施設内における溢水等から防護すべき設備がなく、蒸気発生器保管庫内に放射性物質を含む液体を内包する容器等を保管しないことから対象外とする。
第13条 安全避難通路等	○	○	申請範囲については、安全避難通路等を施設することを確認する必要があることから対象とする。
第14条 安全設備	○	○	申請範囲については、環境条件等に対する健全性を確認する必要があることから対象とする。
第15条 設計基準対象施設の機能	○	○	申請範囲については、必要な保守点検(試験・検査性)及び共用設備の安全性を確認する必要があることから対象とする。

\* 火災感知器バックフィット(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の一部改正(火災感知器の設置要件に係る対応及び審査経験を踏まえた要求事項の明確化について))を除く。

技術基準規則	要否判断		理由
	適用	申請	
設計基準対象施設			
第 16 条 全交流動力電源喪失 対策設備	×	×	申請範囲には、全交流動力電源喪失時に対処するため必要な電源設備がないことから対象外とする。
第 17 条 材料及び構造	×	×	申請範囲には、材料及び構造について規定されている設計基準対象施設に属する容器等がないことから対象外とする。
第 18 条 使用中の亀裂等による 破壊の防止	×	×	申請範囲には、使用中の亀裂等による破壊の防止について規定されているクラス 1 機器等がないことから対象外とする。
第 19 条 流体振動等による損傷 の防止	×	×	申請範囲には、流体振動等による損傷の防止について規定されている燃料体等がないことから対象外とする。
第 20 条 安全弁等	×	×	申請範囲には、安全弁等の設置について規定されている加圧器等がないことから対象外とする。
第 21 条 耐圧試験等	×	×	申請範囲には、耐圧試験等について規定されているクラス 1 機器等がないことから対象外とする。
第 22 条 監視試験片	×	×	申請範囲には、監視試験片の設置について規定されている設計基準対象施設に属する容器がないことから対象外とする。
第 23 条 炉心等	×	×	申請範囲には、炉心等について規定されている燃料体等がないことから対象外とする。
第 24 条 熱遮蔽材	×	×	申請範囲には、熱遮蔽材について規定されている原子炉容器がないことから対象外とする。
第 25 条 一次冷却材	×	×	申請範囲には、一次冷却材がないことから対象外とする。
第 26 条 燃料取扱設備及び燃 料貯蔵設備	×	×	申請範囲には、燃料体等を取り扱う設備又は燃料体等を貯蔵する設備がないことから対象外とする。
第 27 条 原子炉冷却材圧力バ ウンダリ	×	×	申請範囲には、原子炉冷却材圧力バウンダリを構成する機器がないことから対象外とする。
第 28 条 原子炉冷却材圧力バ ウンダリの隔離装置等	×	×	申請範囲には、原子炉冷却材圧力バウンダリから原子炉冷却材の流出を制限する隔離装置等がないことから対象外とする。
第 29 条 一次冷却材処理装置	×	×	申請範囲には、放射性物質を含む一次冷却材を処理する装置がないことから対象外とする。
第 30 条 逆止め弁	×	×	申請範囲には、逆止め弁について規定されている放射性物質を含む一次冷却材を内包する容器等へ放射性物質を含まない流体を導く管がないことから対象外とする。
第 31 条 蒸気タービン	×	×	申請範囲には、蒸気タービン（附属施設含む）がないことから対象外とする。
第 32 条 非常用炉心冷却設備	×	×	申請範囲には、非常用炉心冷却設備がないことから対象外とする。

技術基準規則	要否判断		理由
	適用	申請	
第33条 循環設備等	×	×	申請範囲には、一次冷却材を循環させる循環設備等がないことから対象外とする。
第34条 計測装置	×	×	申請範囲には、計測装置がないことから対象外とする。
第35条 安全保護装置	×	×	申請範囲には、安全保護装置がないことから対象外とする。
第36条 反応度制御系統及び 原子炉停止系統	×	×	申請範囲には、反応度制御系統又は原子炉停止系統がないことから対象外とする。
第37条 制御材駆動装置	×	×	申請範囲には、制御棒駆動装置がないことから対象外とする。
第38条 原子炉制御室等	×	×	申請範囲には、原子炉制御室等がないことから対象外とする。
第39条 廃棄物処理設備等	×	×	申請範囲には、放射性廃棄物を処理する設備等がないことから対象外とする。
第40条 廃棄物貯蔵設備等	○	○	申請範囲については、新たに原子炉容器上部ふたを貯蔵すること及び同上部ふたにより汚染が広がらないことを確認する必要があることから対象とする。
第41条 放射性物質による汚染の防止	×	×	申請範囲には、貯蔵保管する放射性廃棄物に対して、汚染が広がらないように専用の容器に収納して保管する等の汚染拡大防止措置を講じる設計とすることで、放射性物質により汚染するおそれがないことから対象外とする。
第42条 生体遮蔽等	○	○	申請範囲について、遮蔽能力を有した補助遮蔽を施設することを確認する必要があることから対象とする。
第43条 換気設備	×	×	申請範囲には、換気設備がないことから対象外とする。
第44条 原子炉格納施設	×	×	申請範囲には、原子炉格納施設がないことから対象外とする。
第45条 保安電源設備	×	×	申請範囲には、保安電源装置について規定されている電線路及び発電機からの電力の供給が停止した場合に必要な非常用電源設備等がないことから対象外とする。
第46条 緊急時対策所	×	×	申請範囲には、緊急時対策所がないことから対象外とする。
第47条 警報装置等	○	○	申請範囲については、警報装置及び多様性を確保した通信連絡設備を施設することを確認する必要があることから対象とする。
第48条 準用	○	○	申請範囲については、誘導灯、通信連絡設備、火災感知器等に対し準用について確認する必要があることから対象とする。

技術基準規則	要否判断		理由
	適用	申請	
<b>重大事故等対処施設</b>			
第 49 条 重大事故等対処施設の地盤	×	×	申請範囲には、重大事故等対処施設に属する設備がないため対象外とする。
第 50 条 地震による損傷の防止	×	×	同上
第 51 条 津波による損傷の防止	×	×	同上
第 52 条 火災による損傷の防止	×	×	同上
第 53 条 特定重大事故等対処施設			
第 54 条 重大事故等対処設備	×	×	申請範囲には、重大事故等対処施設に属する設備がないため対象外とする。
第 55 条 材料及び構造	×	×	同上
第 56 条 使用中の亀裂等による破壊の防止	×	×	同上
第 57 条 安全弁等	×	×	同上
第 58 条 耐圧試験等	×	×	同上
第 59 条 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための設備	×	×	同上
第 60 条 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	×	×	同上
第 61 条 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備	×	×	同上
第 62 条 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	×	×	同上
第 63 条 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備	×	×	同上
第 64 条 原子炉格納容器内の冷却等のための設備	×	×	同上
第 65 条 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備	×	×	同上

技術基準規則	要否判断		理由
	適用	申請	
第 66 条 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための設備	×	×	申請範囲には、重大事故等対処施設に属する設備がないため対象外とする。
第 67 条 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	×	×	同上
第 68 条 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための設備	×	×	同上
第 69 条 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備	×	×	同上
第 70 条 工場等外への放射性物質の拡散を抑制するための設備	×	×	同上
第 71 条 重大事故等の収束に必要となる水の供給設備	×	×	同上
第 72 条 電源設備	×	×	同上
第 73 条 計装設備	×	×	同上
第 74 条 原子炉制御室	×	×	同上
第 75 条 監視測定設備	×	×	同上
第 76 条 緊急時対策所	×	×	同上
第 77 条 通信連絡を行うために必要な設備	×	×	同上
第 78 条 準用	×	×	同上

## 設計及び工事計画変更認可申請における適用条文一覧表

○：適用条文であり、今回の申請で適合性を確認する必要がある条文

## 一：適合性確認が不要な条文

設計及び工事計画変更認可申請における適用条文一覧表

条文		技術基準規則 SA (条)																												備考					
		49	50	51	52	53	54	55	56	57	58	59	60	61	62	63	64	65	66	67	68	69	70	71	72	73	74	75	76	77	78				
施設区分	分類	共通	共通	共通	共通	重大事故等対処設備	地盤	地震	津波	火災	特重設備	材料構造	破壊の防止	安全試験	耐圧弁	未臨界	高圧時の冷却	バウンダリの減圧	低圧時の冷却	最終ヒートシンク	CV冷却	CV過圧破損防止	下部溶融炉心冷却	CV水素爆発	原子炉建屋水素爆発	SFP冷却	拡散抑制	水供給	電源設備	計装備	原子炉制御室	監視測定設備	緊急時対策所	通信信	準用
施設区分	設備等	共通	共通	共通	共通	共通	共通	共通	共通	共通	共通	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	個別	共通			
施設共通	誘導灯(安全避難通路用)	-	-	-	-		-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-					
計測制御系統施設	運転指令設備(ペーディング装置)(警報装置含む)	-	-	-	-		-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-					
	運転指令設備(ディジタル無線ペーディング装置)	-	-	-	-		-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-					
放射性廃棄物の廃棄施設	蒸気発生器保管庫	-	-	-	-		-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-					
放射線管理施設	補助遮蔽(蒸気発生器保管庫)	-	-	-	-		-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-					

本資料のうち、枠囲みの内容は、商業機密あるいは防護上の観点から公開できません。

条文		技術基準規則 SA (条)																												備考	
		49	50	51	52	53	54	55	56	57	58	59	60	61	62	63	64	65	66	67	68	69	70	71	72	73	74	75	76	77	78
施設区分	設備区分	地盤	地震	津波	火災	重大事故等対処設備	重設備	材料構造	破壊の防止	安全全試験	耐圧試験	未臨界	高圧時の冷却	未冷却	バウンダリの減圧	低圧時の冷却	最終ヒートシンク	CV冷却	CV過圧破損防止	下部溶融炉心冷却	原子炉建屋水素爆発	SFP冷却	拡散抑制	水の供給	電源設備	計装設	原子炉制御室	監視測定設備	緊急時対策所	通信信	準用
その他発電用原子炉の附属施設 火災防護設備	火災区域構造物(蒸気発生器保管庫)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
	煙感知器	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
	炎感知器	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
	熱感知器	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
	消火器(粉末消火器)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
	消防栓	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
	消防用照明器具(電池内蔵式)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	
	建屋内装材(不燃材及び同等材等)(同等材等は試験等で確認)	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	

○：適用条文であり、今回の申請で適合性を確認する必要がある条文

-：適合性確認が不要な条文

本資料のうち、枠囲みの内容は、商業機密あるいは防護上の観点から公開できません。

## 設計及び工事計画認可申請書に添付する書類の整理について

### 1. 概 要

本資料では、「核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律」に基づく当該設計及び工事計画の手続きを行うにあたり、設計及び工事計画認可申請書に添付する書類について整理する。また、併せて「電気事業法」に基づく工事計画届出書に添付する書類についても整理する。

### 2. 「核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律」に基づく設計及び工事計画届出書に添付する書類の整理について

設計及び工事計画認可申請書に添付すべき書類は、「実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則」第九条第三項に規定の、別表第二の上覧に掲げる種類に応じた同表の下欄に掲げる書類並びに設計及び工事に係る品質マネジメントシステムの説明書類となるが、別表第二では、「認可の申請又は届出に係る工事の内容に関係あるものに限る。」との規定があるため、本申請範囲である「計測制御系統施設」、「放射性廃棄物の廃棄施設」、「放射線管理施設」、「その他発電用原子炉の附属施設 火災防護設備」に要求される添付書類の要否の検討を行った。検討結果を表 1 に示す。

### 3. 「電気事業法」に基づく工事計画届出書に添付する書類の整理について

「電気事業法」に基づく工事計画の手続き対象となる工事については、「原子力発電工作物の保安に関する命令」(以下「保安命令」という。)の別表第一及び別表第三に規定されているが、今回の工事は、保安命令別表第一下欄に規定された「放射線管理設備」、「廃棄設備」に該当するため、電気事業法第 48 条に基づく工事の計画の届出が必要となる。

- 表 1 で「○：添付が必要」と整理された添付資料については、いずれも
- ① 保安命令別表第二下欄に記載のない添付書類
  - ② 「原子力発電工作物の保安に関する省令第 15 条第 1 号の規定に基づく指示について」(平成 25 年 7 月 8 日原規技発第 1307081 号・20130628 商第 22 号)により、添付することを要しない旨の指示があった書類

のどちらかに該当するため、電気事業法に基づく設計及び工事計画届出書においては、添付書類を省略する。

表1 「核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律」に基づく設計及び工事計画認可申請において要求される添付書類及び本申請における添付の要否の検討結果

実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則 第九条第三項規定書類名 (略称含む)	添付の要否 (○・×)	理由
別表第二 (各発電用原子炉施設に共通)		
送電関係一覧図	×	本認可申請内容は、送電設備に影響を与えないため添付しない。
急傾斜地崩壊危険区域内において行う制限工事に係る場合は、当該区域内の急傾斜地の崩壊の防止措置に関する説明書	×	急傾斜地崩壊危険区域でない地域に設備を施設するため添付しない。
工場又は事業所の概要を明示した地形図	×	本認可申請内容は、地形図に影響を与えないため添付しない。
主要設備の配置の状況を明示した平面図及び断面図	平面図：○ 断面図：×	蒸気発生器保管庫の配置を明示するため添付する。
単線結線図	×	工事対象に該当する設備はないため添付しない。
新技術の内容を十分に説明した書類	×	本工事は蒸気発生器保管庫の共用化、保管対象物変更及び技術基準規則適合(通信連絡設備の設置等)を行うものであり、新技術に該当しないため添付しない。
発電用原子炉施設の熱精算図	×	本工事は蒸気発生器保管庫の共用化、保管対象物変更及び技術基準規則適合(通信連絡設備の設置等)を行うものであり、発電用原子炉施設の熱精算に影響を与えないため添付しない。
熱出力計算書	×	本工事は蒸気発生器保管庫の共用化、保管対象物変更及び技術基準規則適合(通信連絡設備の設置等)を行うものであり、熱出力計算書に影響を与えないため添付しない。

実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則 別表第二添付書類	添付の要否 (○・×)	理由
発電用原子炉の設置の許可との整合性に関する説明書	○	令和元年 11 月 20 日付け原規規発第 1911201 号にて許可された設置許可との整合性を示す必要があるため添付する。
排気中及び排水中の放射性物質の濃度に関する説明書	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
人が常時勤務し、又は頻繁に出入する工場又は事業所内の場所における線量に関する説明書	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
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	×	自然現象等による損傷の防止について、蒸気発生器保管庫は、技術基準規則第 6 条及び第 7 条に規定される設計基準対象施設に該当するため、基本設計方針に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防護対策を講じる設計とすること、自然事象そのものがもたらす環境条件等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等の適切な措置を講じることを記載するが、添付資料については、蒸気発生器保管庫がクラス 3 に属する施設であるため添付しない。 なお、蒸気発生器保管庫は、自然現象等に対し安全上必要な措置により必要な機能を確保する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。
排水監視設備及び放射性物質を含む排水を安全に処理する設備の配置の概要を明示した図面	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。

実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則 別表第二添付書類	添付の要否 (○・×)	理由
取水口及び放水口に関する説明書	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
設備別記載事項の設定根拠に関する説明書	○	認可申請設備に係る仕様設定根拠について適合性を示す必要があるために添付する。
環境測定装置（放射線管理用計測装置に係るものをお除く。）の構造図及び取付箇所を明示した図面	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
クラス1機器及び炉心支持構造物の応力腐食割れ対策に関する説明書（クラス1機器にあっては、支持構造物を含めて記載すること。）	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
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	○	認可申請設備に係る健全性について技術基準規則第14条及び第15条への適合性を示す必要があるため添付する。
発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書	○	認可申請設備に係る火災防護について、技術基準規則第11条への適合性を示す必要があるため添付する。
発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書	×	蒸気発生器保管庫は溢水防護の対象設備ではないため添付しない。
発電用原子炉施設の蒸気タービン、ポンプ等の損壊に伴う飛散物による損傷防護に関する説明書	×	蒸気発生器保管庫は、防護対象設備ではなく、また飛散物とならないことから添付は添付しない。
通信連絡設備に関する説明書及び取付箇所を明示した図面	説明書：○ 図面：○	認可申請設備のうち通信連絡設備に係る技術基準規則第47条への適合性及び取付箇所を示す必要があるため添付する。

実用発電用原子炉の設置、 運転等に関する規則 別表第二添付書類	添付の要否 (○・×)	理由
安全避難通路に関する説明書及び安全避難通路を明示した図面	説明書：○ 図面：○	認可申請設備の安全避難通路に係る技術基準規則第13条への適合性及び安全避難通路を示す必要があるため添付する。
非常用照明に関する説明書及び取付箇所を明示した図面	説明書：○ 図面：○	認可申請設備の非常用照明に係る技術基準規則第13条への適合性及び取付箇所を示す必要があるため添付する。

実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則 別表第二添付書類	添付の要否 (○・×)	理由
放射性廃棄物の廃棄施設		
放射性廃棄物の廃棄施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図	図面: ○ 系統図: ×	機器の配置を明示した図面については、認可申請設備に係る配置を示すため添付する。系統図については、認可申請設備において系統を構成する設備がないため添付しない。
排気筒の設置場所を明示した図面	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
耐震性に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）	○	認可申請設備に係る耐震性について、技術基準規則第4条及び第5条への適合性を示す必要があるため添付する。
強度に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
構造図	○	本認可申請設備に係る構造を示すため添付する。
排気筒の基礎に関する説明書及びその基礎の状況を明示した図面	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
流体状の放射性廃棄物の漏えいの拡大防止能力及び施設外への漏えい防止能力についての計算書	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
固体廃棄物処理設備における放射性物質の散逸防止に関する説明書	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。

実用発電用原子炉の設置、 運転等に関する規則 別表第二添付書類	添付の要否 (○・×)	理由
放射性廃棄物運搬用容器 の放射線遮蔽材の放射線 の遮蔽及び熱除去につい ての計算書	×	本認可申請では該当する設備がないため添 付しない。
流体状の放射性廃棄物の 漏えいの検出装置及び自 動警報装置の構成に關す る説明書、検出器の取付個 所を明示した図面並びに 計測範囲及び警報動作範 囲に關する説明書	×	本認可申請では該当する設備がないため添 付しない。

実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則 別表第二添付書類	添付の要否 (○・×)	理由
<b>放射線管理施設</b>		
放射線管理施設に係る機器（放射線管理用計測装置を除く。）の配置を明示した図面及び系統図	○	本認可申請設備に係る配置を示すため添付する。
放射線管理用計測装置の構成に関する説明書	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
放射線管理用計測装置の系統図及び検出器の取付箇所を明示した図面並びに計測範囲及び警報動作範囲に関する説明書	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
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	○	管理区域の出入管理設備について技術基準規則第8条への適合性を示す必要があるため添付する。
耐震性に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）	○	認可申請設備に係る耐震性について、技術基準規則第4条及び第5条への適合性を示す必要があるため添付する。
強度に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
構造図	○	本認可申請設備に係る構造を示すため添付する。
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	○	蒸気発生器保管庫の生体遮蔽装置について技術基準規則第42条への適合性を示す必要があるため添付する。

実用発電用原子炉の設置、 運転等に関する規則 別表第二添付書類	添付の要否 (○・×)	理由
中央制御室及び緊急時制御室の居住性に関する説明書	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。

実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則 別表第二添付書類	添付の要否 (○・×)	理由
<b>火災防護設備</b>		
火災防護設備に係る機器の配置を明示した図面及び系統図	図面: ○ 系統図: ×	機器の配置を明示した図面については、認可申請設備に係る配置を示すため添付する。 系統図については、認可申請設備において系統を構成する設備がないため添付しない。
耐震性に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）	○	認可申請設備に係る耐震性について、技術基準規則第4条及び第5条への適合性を示す必要があるため添付する。
強度に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。
構造図	○	認可申請設備に係る構造を示すため添付する。
安全弁及び逃がし弁の吹出量計算書（バネ式のものに限る。）	×	本認可申請では該当する設備がないため添付しない。

実用発電用原子炉の設置、 運転等に関する規則 第九条第三項規定書類名 (略称含む。)	添付の要否 (○・×)	理由
品質マネジメントシステム		
設計及び工事に係る品質 マネジメントシステムに に関する説明書	○	本認可申請における設計及び工事に係る品質 マネジメントシステムを示す必要があるため 添付する。

## 補足説明資料 3

### 工事の方法に関する補足説明資料

#### 1. 概 要

工事の方法として、工事手順、使用前事業者検査の方法、工事上の留意事項を、それぞれ施設、主要な耐圧部の溶接部、燃料体に区分し定めており、これら工事手順及び使用前事業者検査の方法は、「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」に定めたプロセス等に基づいたものとしている。

また、工事の方法は、すべての施設を網羅するものとして作成しており、それを原子炉本体に記載し、その他施設については該当箇所を呼び込むこととしている。

本資料では、工事の方法のうち当該工事に該当する箇所を明示するものである。

#### 2. 当該工事に該当する箇所

工事の方法のうち、当該工事に該当する箇所を示す。

凡例

(黄色マーキング)：当該工事に該当する箇所

申請に係る工事の方法として、原子炉本体に係る工事の方法を以下に示す。

変更前	変更後
<p>発電用原子炉施設の設置又は変更の工事並びに主要な耐圧部の溶接部における工事の方法として、原子炉設置（変更）許可を受けた事項、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」（以下「技術基準」という。）の要求事項に適合するための設計（基本設計方針及び要目表）に従い実施する工事の手順と、それら設計や工事の手順に従い工事が行われたことを確認する使用前事業者検査の方法を以下に示す。</p> <p>これらの工事の手順及び使用前事業者検査の方法は、「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」に定めたプロセス等に基づいたものとする。</p> <p><b>1. 工事の手順</b></p> <p><b>1.1 工事の手順と使用前事業者検査</b></p> <p>発電用原子炉施設の設置又は変更の工事における工事の手順を使用前事業者検査との関係を含め図1に示す。</p> <p><b>1.2 主要な耐圧部の溶接部に係る工事の手順と使用前事業者検査</b></p> <p>主要な耐圧部の溶接部に係る工事の手順を使用前事業者検査との関係を含め図2に示す。</p> <p><b>1.3 燃料体に係る工事の手順と使用前事業者検査</b></p> <p>燃料体に係る工事の手順を使用前事業者検査との関係を含め図3に示す。</p> <p><b>2. 使用前事業者検査の方法</b></p> <p>構造、強度及び漏えいを確認するために十分な方法、機能及び性能を確認するために十分な方法、その他設置又は変更の工事がその設計及び工事の計画に従って行われたものであることを確認するために十分な方法により、使用前事業者検査を図1、図2及び図3のフローに基づき実施する。使用前事業者検査は「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」に記載したプロセスにより、抽出されたものの検査を実施する。</p> <p>また、使用前事業者検査は、検査の時期、対象、方法、検査体制に加えて、検査の内容と重要度に応じて、立会、抜取り立会、記録確認のいずれかとすることを要領書等で定め実施する。</p>	変更なし

変更前	変更後							
<p><b>2.1 構造、強度又は漏えいに係る検査</b></p> <p><b>2.1.1 構造、強度又は漏えいに係る検査</b></p> <p>構造、強度又は漏えいに係る検査ができるようになったとき、表1に示す検査を実施する。</p> <p>表1 構造、強度又は漏えいに係る検査（燃料体を除く。）<sup>(注1)</sup></p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>検査項目</th><th>検査方法</th><th>判定基準</th></tr> </thead> <tbody> <tr> <td>「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」に記載したプロセスにより、当該工事における構造、強度又は漏えいに係る確認事項として次に掲げる項目の中から抽出されたもの。 ・材料検査 ・寸法検査 ・外観検査 ・組立て及び据付け状態を確認する検査（据付検査） ・状態確認検査 ・耐圧検査 ・漏えい検査 ・原子炉格納施設が直接設置される基盤の状態を確認する検査 ・建物・構築物の構造を確認する検査</td><td>材料検査  寸法検査  外観検査  組立て及び据付け状態を確認する検査（据付検査）  状態確認検査</td><td>使用されている材料の化学成分、機械的強度等が工事計画のとおりであることを確認する。  主要寸法が工事計画のとおりであり、許容寸法内であることを確認する。  有害な欠陥がないことを確認する。  組立て状態並びに据付け位置及び状態が工事計画のとおりであることを確認する。  評価条件、手順等が工事計画のとおりであることを確認する。</td><td>設工認のとおりであること、技術基準に適合するものであること。  設工認に記載されている主要寸法の計測値が、許容寸法を満足すること。  健全性に影響を及ぼす有害な欠陥がないこと。  設工認のとおりに組立て、据付けされていること。  設工認のとおりであること。</td></tr> </tbody> </table>	検査項目	検査方法	判定基準	「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」に記載したプロセスにより、当該工事における構造、強度又は漏えいに係る確認事項として次に掲げる項目の中から抽出されたもの。 ・材料検査 ・寸法検査 ・外観検査 ・組立て及び据付け状態を確認する検査（据付検査） ・状態確認検査 ・耐圧検査 ・漏えい検査 ・原子炉格納施設が直接設置される基盤の状態を確認する検査 ・建物・構築物の構造を確認する検査	材料検査  寸法検査  外観検査  組立て及び据付け状態を確認する検査（据付検査）  状態確認検査	使用されている材料の化学成分、機械的強度等が工事計画のとおりであることを確認する。  主要寸法が工事計画のとおりであり、許容寸法内であることを確認する。  有害な欠陥がないことを確認する。  組立て状態並びに据付け位置及び状態が工事計画のとおりであることを確認する。  評価条件、手順等が工事計画のとおりであることを確認する。	設工認のとおりであること、技術基準に適合するものであること。  設工認に記載されている主要寸法の計測値が、許容寸法を満足すること。  健全性に影響を及ぼす有害な欠陥がないこと。  設工認のとおりに組立て、据付けされていること。  設工認のとおりであること。	変更なし
検査項目	検査方法	判定基準						
「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」に記載したプロセスにより、当該工事における構造、強度又は漏えいに係る確認事項として次に掲げる項目の中から抽出されたもの。 ・材料検査 ・寸法検査 ・外観検査 ・組立て及び据付け状態を確認する検査（据付検査） ・状態確認検査 ・耐圧検査 ・漏えい検査 ・原子炉格納施設が直接設置される基盤の状態を確認する検査 ・建物・構築物の構造を確認する検査	材料検査  寸法検査  外観検査  組立て及び据付け状態を確認する検査（据付検査）  状態確認検査	使用されている材料の化学成分、機械的強度等が工事計画のとおりであることを確認する。  主要寸法が工事計画のとおりであり、許容寸法内であることを確認する。  有害な欠陥がないことを確認する。  組立て状態並びに据付け位置及び状態が工事計画のとおりであることを確認する。  評価条件、手順等が工事計画のとおりであることを確認する。	設工認のとおりであること、技術基準に適合するものであること。  設工認に記載されている主要寸法の計測値が、許容寸法を満足すること。  健全性に影響を及ぼす有害な欠陥がないこと。  設工認のとおりに組立て、据付けされていること。  設工認のとおりであること。					

変更前			変更後
表 1 構造、強度又は漏えいに係る検査（燃料体を除く。） <sup>(注1)</sup>			
検査項目	検査方法	判定基準	
	耐圧検査 <sup>(注2)</sup>	技術基準の規定に基づく検査圧力で所定時間保持し、検査圧力に耐え、異常のないことを確認する。耐圧検査が構造上困難な部位については、技術基準の規定に基づく非破壊検査等により確認する。	検査圧力に耐え、かつ、異常のないこと。
	漏えい検査 <sup>(注2)</sup>	耐圧検査終了後、技術基準の規定に基づく検査圧力により漏えいの有無を確認する。なお、漏えい検査が構造上困難な部位については、技術基準の規定に基づく非破壊検査等により確認する。	著しい漏えいがないこと。
原子炉格納施設が直接設置される基盤の状態を確認する検査	地盤の地質状況が、原子炉格納施設の基盤として十分な強度を有することを確認する。	設工認のとおりであること。	変更なし
建物・構築物の構造を確認する検査	主要寸法、組立方法、据付位置及び据付状態等が工事計画のとおり製作され、組み立てられていることを確認する。	設工認のとおりであること。	

(注1) 基本設計方針のうち適合性確認対象に対して実施可能な検査を含む。

(注2) 耐圧検査及び漏えい検査の方法について、表1によらない場合は、基本設計方針の共通項目として定めた「耐圧試験等」の方針によるものとする。

変更前	変更後
<p>2.1.2 主要な耐圧部の溶接部に係る検査</p> <p>主要な耐圧部の溶接部に係る使用前事業者検査は、技術基準第17条第15号、第31条、第48条第1項及び第55条第7号、並び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（以下「技術基準解釈」という。）に適合するよう、以下の(1)及び(2)の工程ごとに検査を実施する。</p> <p>(1) あらかじめ確認する事項</p> <p>次の①及び②については、主要な耐圧部の溶接をしようとする前に、「日本機械学会 発電用原子力設備規格 溶接規格(JSME S NB1-2007)又は(JSME S NB1-2012/2013)」（以下「溶接規格」という。）第2部 溶接施工法認証標準及び第3部 溶接士技能認証標準に従い、表2-1、表2-2に示す検査を行う。その際、以下のいずれかに該当する特殊な溶接方法は、その確認事項の条件及び方法の範囲内で①溶接施工法に関する事を確認する。</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・平成12年6月以前に旧電気工作物の溶接に関する技術基準を定める省令（昭和45年通商産業省令第81号）第2条に基づき、通商産業大臣の認可を受けた特殊な溶接方法</li> <li>・平成12年7月以降に、一般社団法人日本溶接協会又は一般財団法人発電設備技術検査協会による確性試験により適合性確認を受けた特殊な溶接方法</li> </ul> <p>① 溶接施工法に関する事項 ② 溶接士の技能に関する事項</p> <p>なお、①又は②について、既に、以下のいずれかにより適合性が確認されているものは、主要な耐圧部の溶接をしようとする前に表2-1、表2-2に示す検査は要さないものとする。</p> <p>① 溶接施工法に関する事項</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・平成12年6月30日以前に電気事業法（昭和39年法律第170号）に基づき国認可証又は合格証を取得した溶接施工法</li> <li>・平成12年7月1日から平成25年7月7日に、電気事業法に基づく溶接事業者検査において、各設置者が技術基準への適合性を確認した</li> </ul>	<p>変更なし</p>

変更前	変更後
<p>溶接施工法</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・平成 25 年 7 月 8 日以降、核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律（昭和 32 年法律第 166 号）に基づき、各設置者が技術基準への適合性を確認した溶接施工法</li> <li>・前述と同等の溶接施工法として、核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律（昭和 32 年法律第 166 号）における他の施設にて、認可を受けたもの、溶接安全管理検査、使用前事業者検査等で溶接施工法の確認を受けたもの又は客観性を有する方法により確認試験が行われ判定基準に適合しているもの。ここで、他の施設とは、加工施設、試験研究用等原子炉施設、使用済燃料貯蔵施設、再処理施設、特定第一種廃棄物埋設施設、特定廃棄物管理施設をいう。</li> </ul> <p>② 溶接士の技能に関すること</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・溶接規格第 3 部 溶接士技能認証標準によって認定されたものと同等と認められるものとして、技術基準解釈別記－5 に示されている溶接士が溶接を行う場合</li> <li>・溶接規格第 3 部 溶接士技能認証標準に適合する溶接士が、技術基準解釈別記－5 の有効期間内に溶接を行う場合</li> </ul>	変更なし

変更前		変更後
表 2-1 あらかじめ確認すべき事項（溶接施工法）		
検査項目	検査方法及び判定基準	
溶接施工法の内容確認	計画している溶接施工法の内容が、技術基準に適合する方法であることを確認する。	
材料確認	試験材の種類及び機械的性質が試験に適したものであることを確認する。	
開先確認	試験をする上で、健全な溶接が施工できることを確認する。	
溶接作業中確認	溶接施工法及び溶接設備等が計画どおりのものであり、溶接条件等が溶接検査計画書のとおりに実施されることを確認する。	
外観確認	試験材について、目視により外観が良好であることを確認する。	
溶接後熱処理確認	溶接後熱処理の方法等が技術基準に基づき計画した内容に適合していることを確認する。	変更なし
浸透探傷試験確認	技術基準に適合した試験の方法により浸透探傷試験を行い、表面における開口した欠陥の有無を確認する。	
機械試験確認	溶接部の強度、延性及び韌性等の機械的性質を確認するため、継手引張試験、曲げ試験及び衝撃試験により溶接部の健全性を確認する。	
断面検査確認	管と管板の取付け溶接部の断面について、技術基準に適合する方法により目視検査及びのど厚測定により確認する。	
(判定) (注)	以上の全ての工程において、技術基準に適合していることが確認された場合、当該溶接施工法は技術基準に適合するものとする。	

(注) ( ) 内は検査項目ではない。

変更前		変更後
表 2-2 あらかじめ確認すべき事項（溶接士）		
検査項目	検査方法及び判定基準	
溶接士の試験内容の確認	検査を受けようとする溶接士の氏名、溶接訓練歴等、及びその者が行う溶接施工法の範囲を確認する。	
材料確認	試験材の種類及び機械的性質が試験に適したものであることを確認する。	
開先確認	試験をする上で、健全な溶接が施工できることを確認する。	
溶接作業中確認	溶接士及びその溶接士が行う溶接作業が溶接検査計画書のとおりであり、溶接条件が溶接検査計画書のとおり実施されることを確認する。	
外観確認	目視により外観が良好であることを確認する。	
浸透探傷試験確認	技術基準に適合した試験の方法により浸透探傷試験を行い、表面に開口した欠陥の有無を確認する。	変更なし
機械試験確認	曲げ試験を行い、欠陥の有無を確認する。	
断面検査確認	管と管板の取付け溶接部の断面について、技術基準に適合する方法により目視検査及びのど厚測定により確認する。	
(判定) <sup>(注)</sup>	以上の全ての工程において、技術基準に適合していることが確認された場合、当該溶接士は技術基準に適合する技能を持った者とする。	

(注) ( ) 内は検査項目ではない。

変更前	変更後
<p>(2) 主要な耐圧部の溶接部に対して確認する事項</p> <p>発電用原子炉施設のうち技術基準第17条第15号、第31条、第48条第1項及び第55条第7号の主要な耐圧部の溶接部について、表3-1に示す検査を行う。</p> <p>また、以下の①又は②に限り、原子炉冷却材圧力バウンダリに属する容器に対してテンパービード溶接を適用することができ、この場合、テンパービード溶接方法を含む溶接施工法の溶接部については、表3-1に加えて表3-2に示す検査を実施する。</p> <p>① 平成19年12月5日以前に電気事業法に基づき実施された検査において溶接後熱処理が不要として適合性が確認された溶接施工法</p> <p>② 以下の規定に基づく溶接施工法確認試験において、溶接後熱処理が不要として適合性が確認された溶接施工法</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・平成12年6月以前に旧電気工作物の溶接に関する技術基準を定める省令（昭和45年通商産業省令第81号）第2条に基づき、通商産業大臣の許可を受けた特殊な溶接方法</li> <li>・平成12年7月以降に、一般社団法人日本溶接協会又は一般財団法人発電設備技術検査協会による確性試験による適合性確認を受けた特殊な溶接方法</li> </ul>	変更なし

変更前		変更後
表 3-1 主要な耐圧部の溶接部に対して確認する事項		
検査項目	検査方法及び判定基準	
適用する溶接施工法、溶接士の確認	適用する溶接施工法、溶接士について、表 2-1 及び表 2-2 に示す適合確認がなされていることを確認する。	
材料検査	溶接に使用する材料が技術基準に適合するものであることを確認する。	
開先検査	開先形状、開先面の清浄及び継手面の食違い等が技術基準に適合するものであることを確認する。	
溶接作業検査	あらかじめの確認において、技術基準に適合していることが確認された溶接施工法及び溶接士により溶接施工しているかを確認する。	
熱処理検査	溶接後熱処理の方法、熱処理設備の種類及び容量が、技術基準に適合するものであること、また、あらかじめの確認において技術基準に適合していることを確認した溶接施工法の範囲により実施しているかを確認する。	
非破壊検査	溶接部について非破壊試験を行い、その試験方法及び結果が技術基準に適合するものであることを確認する。	変更なし
機械検査	溶接部について機械試験を行い、当該溶接部の機械的性質が技術基準に適合するものであることを確認する。	
耐圧検査 <sup>(注1)</sup>	規定圧力で耐圧試験を行い、これに耐え、かつ、漏えないがないことを確認する。規定圧力で行うことが著しく困難な場合は、可能な限り高い圧力で試験を実施し、耐圧試験の代替として非破壊試験を実施する。 (外観の状況確認) 溶接部の形状、外観及び寸法が技術基準に適合することを確認する。	
(適合確認) <sup>(注2)</sup>	以上の全ての工程において、技術基準に適合していることが確認された場合、当該溶接部は技術基準に適合するものとする。	
(注 1) 耐圧検査の方法について、表 3-1 によらない場合は、基本設計方針の共通項目として定めた「材料及び構造等」の方針によるものとする。		
(注 2) ( ) 内は検査項目ではない。		

変更前						変更後
表 3-2 主要な耐圧部の溶接部に対して確認する事項 (テンパービード溶接を適用する場合)						
検査項目	検査方法及び判定基準	同種材の溶接	クラッド材の溶接	異種材の溶接	バタリング材の溶接	
材料検査	<p>1. 中性子照射 <math>10^{19}</math>nvt 以上受ける設備を溶接する場合に使用する溶接材料の銅含有量は、0.10%以下であることを確認する。</p> <p>2. 溶接材料の表面は、錆、油脂付着及び汚れ等がないことを確認する。</p>	適用 適用	適用 適用	適用 適用	適用 適用	
開先検査	<p>1. 当該施工部位は、溶接規格に規定する溶接後熱処理が困難な部位であることを図面などで確認する。</p> <p>2. 当該施工部位は、過去に当該溶接施工法と同一又は類似の溶接後熱処理が不要な溶接方法を適用した経歴を有していないことを確認する。</p> <p>3. 溶接を行う機器の面は、浸透探傷試験又は磁粉探傷試験を行い、これに合格することを確認する。</p> <p>4. 溶接深さは、母材の厚さの2分の1以下であること。</p> <p>5. 個々の溶接部の面積は<math>650\text{cm}^2</math>以下であることを確認する。</p> <p>6. 適用する溶接施工法に、クラッド材の溶接開先底部とフェライト系母材との距離が規定されている場合は、その寸法が規定を満足していることを確認する。</p> <p>7. 適用する溶接施工法に、溶接開先部がフェライト系母材側へまたがって設けられ、そのまたがりの距離が規定されている場合は、その寸法が規定を満足していることを確認する。</p>	適用 適用 適用 適用 適用 適用 —	適用 適用 適用 — — — 適用	適用 適用 適用 — — — 適用	適用 適用 適用 — — — —	変更なし

変更前						変更後					
表 3-2 主要な耐圧部の溶接部に対して確認する事項 (テンパービード溶接を適用する場合)											
検査項目	検査方法及び判定基準	同種材の溶接	クラッド材の溶接	異種材の溶接	バタリング材の溶接	同種材の溶接	クラッド材の溶接	異種材の溶接	バタリング材の溶接	同種材の溶接	クラッド材の溶接
溶接作業検査	<p>自動ティグ溶接を適用する場合は、次によることを確認する。</p> <p>1. 自動ティグ溶接は、溶加材を通電加熱しない方法であることを確認する。</p> <p>2. 溶接は、適用する溶接施工法に規定された方法に適合することを確認する。</p> <p>①各層の溶接入熱が当該施工法に規定する範囲内で施工されていることを確認する。</p> <p>②2層目端部の溶接は、1層目溶接端の母材熱影響部(1層目溶接による粗粒化域)が適切なテンパー効果を受けるよう、1層目溶接端と2層目溶接端の距離が1mmから5mmの範囲であることを確認する。</p> <p>③予熱を行う溶接施工法の場合は、当該施工法に規定された予熱範囲及び予熱温度を満足していることを確認する。</p> <p>④当該施工法にパス間温度が規定されている場合は、温度制限を満足していることを確認する。</p> <p>⑤当該施工法に、溶接を中断する場合及び溶接終了時の温度保持範囲と保持時間が規定されている場合は、その規定を満足していることを確認する。</p> <p>⑥余盛り溶接は、1層以上行われていることを確認する。</p> <p>⑦溶接後の温度保持終了後、最終層ビードの除去及び溶接部が平滑となるよう仕上げ加工されていることを確認する。</p>	適用	適用	適用	適用	適用	—	適用	—	適用	適用

変更なし

変更前						変更後					
表 3-2 主要な耐圧部の溶接部に対して確認する事項 (テンパービード溶接を適用する場合)											
検査項目	検査方法及び判定基準	同種材の溶接	クラッド材の溶接	異種材の溶接	バタリング材の溶接	同種材の溶接	クラッド材の溶接	異種材の溶接	バタリング材の溶接	同種材の溶接	クラッド材の溶接
非破壊検査	<p>溶接部の非破壊検査は、次によることを確認する。</p> <p>1. 1層目の溶接終了後、磁粉探傷試験又は浸透探傷試験を行い、これに合格することを確認する。</p> <p>2. 溶接終了後の試験は、次によることを確認する。</p> <p>①溶接終了後の非破壊試験は、室温状態で48時間以上経過した後に実施していることを確認する。</p> <p>②予熱を行った場合はその領域を含み、溶接部は磁粉探傷試験又は浸透探傷試験を行い、これに合格することを確認する。</p> <p>③超音波探傷試験を行い、これに合格することを確認する。</p> <p>④超音波探傷試験又は2層目以降の各層の磁粉探傷試験若しくは浸透探傷試験を行い、これに合格することを確認する。</p> <p>⑤放射線透過試験又は超音波探傷試験を行い、これに合格することを確認する。</p> <p>3. 温度管理のために取り付けた熱電対がある場合は、機械的方法で除去し、除去した面に欠陥がないことを確認する。</p>	適用	—	—	—	適用	適用	適用	適用	—	—

変更なし

変更前	変更後
<p>2.1.3 燃料体に係る検査</p> <p>燃料体については、以下(1)～(3)の加工の工程ごとに表4に示す検査を実施する。なお、燃料体を発電用原子炉に受け入れた後は、原子炉本体として機能又は性能に係る検査を実施する。</p> <p>(1) 燃料材、燃料被覆材その他の部品については、組成、構造又は強度に係る試験をすることができる状態になった時  (2) 燃料要素の加工が完了した時  (3) 加工が完了した時</p> <p>また、燃料体については構造、強度又は漏えいに係る検査を実施することにより、技術基準への適合性が確認できることから、構造、強度又は漏えいに係る検査の実施をもって工事の完了とする。</p>	<p>変更なし</p>

変更前			変更後
表 4 構造、強度又は漏えいに係る検査（燃料体） <sup>(注1)</sup>			
検査項目	検査方法	判定基準	
(1) 燃料材、燃料被覆材 その他の部品の化学成分の分析結果の確認その他これらの部品の組成、構造又は強度に係る検査	材料検査 <sup>(注2)</sup>	使用されている材料の化学成分、機械的強度等が工事計画のとおりであることを確認する。	設工認のとおりであること、技術基準に適合するものであること。
	寸法検査	主要寸法が工事計画のとおりであり、許容寸法内であることを確認する。	
	外観検査	有害な欠陥等がないことを確認する。	
	表面汚染密度検査	表面に付着している核燃料物質の量が技術基準の規定を満足することを確認する。	
	溶接部の非破壊検査	溶接部の健全性を非破壊検査等により確認する。	
	圧力検査	漏えい試験における漏えい量が、技術基準の規定を満足することを確認する。	
	漏えい検査	漏えい試験における漏えい量が、技術基準の規定を満足することを確認する。	
	圧力検査	初期圧力が工事計画のとおりであり、許容値内であることを確認する。	
	質量検査	燃料集合体の総質量が工事計画のとおりであり、許容値内であることを確認する。	
			変更なし
(2) 燃料要素に係る次の検査 一 寸法検査 二 外観検査 三 表面汚染密度検査 四 溶接部の非破壊検査 五 圧力検査 六 漏えい検査（この表の(3)三に掲げる検査が行われる場合を除く。）			
(3) 組み立てられた燃料体に係る次の検査 一 寸法検査 二 外観検査 三 漏えい検査（この表の(2)六に掲げる検査が行われる場合を除く。） 四 質量検査			

(注1) 基本設計方針のうち適合性確認対象に対して実施可能な検査を含む。

(注2) MOX 燃料における実際の製造段階で確定するプルトニウム含有率の燃料体平均、プルトニウム含有率及び核分裂プルトニウム富化度のペレット最大並びにウラン 235 濃度の設計値と許容範囲は使用前事業者検査要領書に記載し、要目表に記載した条件に合致していることを確認する。

変更前	変更後						
<p><b>2.2 機能又は性能に係る検査</b></p> <p>機能又は性能を確認するため、以下のとおり検査を行う。</p> <p>但し、表 1 の表中に示す検査により機能又は性能を確認できる場合は、表 5、表 6 又は表 7 の表中に示す検査を表 1 の表中に示す検査に替えて実施する。</p> <p>また、改造、修理又は取替の工事であって、燃料体を挿入できる段階又は臨界反応操作を開始できる段階と工事完了時が同じ時期の場合、工事完了時として実施することができる。</p> <p>構造、強度又は漏えいを確認する検査と機能又は性能を確認する検査の内容が同じ場合は、構造、強度又は漏えいを確認する検査の記録確認をもって、機能又は性能を確認する検査とすることができる。</p> <p><b>2.2.1 燃料体を挿入できる段階の検査</b></p> <p>発電用原子炉に燃料体を挿入することができる状態になったとき表 5 に示す検査を実施する。</p> <p style="text-align: center;"><b>表 5 燃料体を挿入できる段階の検査<sup>(注)</sup></b></p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th style="text-align: center; padding: 5px;">検査項目</th> <th style="text-align: center; padding: 5px;">検査方法</th> <th style="text-align: center; padding: 5px;">判定基準</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td style="padding: 10px;">発電用原子炉に燃料体を挿入した状態において必要なものを確認する検査及び工程上発電用原子炉に燃料体を挿入する前でなければ実施できない検査</td> <td style="padding: 10px;">発電用原子炉に燃料体を挿入するにあたり、核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設に係る機能又は性能を試運転等により確認するほか、発電用原子炉施設の安全性確保の観点から、発電用原子炉に燃料体を挿入した状態において必要な工学的安全施設、安全設備等の機能又は性能を当該各系統の試運転等により確認する。</td> <td style="padding: 10px;">原子炉に燃料体を挿入するにあたり、確認が必要な範囲について、設工認のとおりであり、技術基準に適合すること。</td> </tr> </tbody> </table> <p>(注) 基本設計方針のうち適合性確認対象に対して実施可能な検査を含む。</p>	検査項目	検査方法	判定基準	発電用原子炉に燃料体を挿入した状態において必要なものを確認する検査及び工程上発電用原子炉に燃料体を挿入する前でなければ実施できない検査	発電用原子炉に燃料体を挿入するにあたり、核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設に係る機能又は性能を試運転等により確認するほか、発電用原子炉施設の安全性確保の観点から、発電用原子炉に燃料体を挿入した状態において必要な工学的安全施設、安全設備等の機能又は性能を当該各系統の試運転等により確認する。	原子炉に燃料体を挿入するにあたり、確認が必要な範囲について、設工認のとおりであり、技術基準に適合すること。	変更なし
検査項目	検査方法	判定基準					
発電用原子炉に燃料体を挿入した状態において必要なものを確認する検査及び工程上発電用原子炉に燃料体を挿入する前でなければ実施できない検査	発電用原子炉に燃料体を挿入するにあたり、核燃料物質の取扱施設及び貯蔵施設に係る機能又は性能を試運転等により確認するほか、発電用原子炉施設の安全性確保の観点から、発電用原子炉に燃料体を挿入した状態において必要な工学的安全施設、安全設備等の機能又は性能を当該各系統の試運転等により確認する。	原子炉に燃料体を挿入するにあたり、確認が必要な範囲について、設工認のとおりであり、技術基準に適合すること。					

変更前	変更後						
<p>2.2.2 臨界反応操作を開始できる段階の検査</p> <p>発電用原子炉の臨界反応操作を開始することができる状態になったとき、表 6 に示す検査を実施する。</p> <p>表 6 臨界反応操作を開始できる段階の検査<sup>(注)</sup></p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>検査項目</th><th>検査方法</th><th>判定基準</th></tr> </thead> <tbody> <tr> <td>発電用原子炉が臨界に達する時に必要なものを確認する検査及び工程上発電用原子炉が臨界に達する前でなければ実施できない検査</td><td>発電用原子炉の出力を上げるにあたり、発電用原子炉に燃料体を挿入した状態での確認項目として、燃料体の炉内配置及び原子炉の核的特性等を確認する。また、工程上発電用原子炉が臨界に達する前でなければ機能又は性能を確認できない設備について、機能又は性能を当該各系統の試運転等により確認する。</td><td>原子炉の臨界反応操作を開始するにあたり、確認が必要な範囲について、設工認のとおりであり、技術基準に適合するものであること。</td></tr> </tbody> </table> <p>(注) 基本設計方針のうち適合性確認対象に対して実施可能な検査を含む。</p>	検査項目	検査方法	判定基準	発電用原子炉が臨界に達する時に必要なものを確認する検査及び工程上発電用原子炉が臨界に達する前でなければ実施できない検査	発電用原子炉の出力を上げるにあたり、発電用原子炉に燃料体を挿入した状態での確認項目として、燃料体の炉内配置及び原子炉の核的特性等を確認する。また、工程上発電用原子炉が臨界に達する前でなければ機能又は性能を確認できない設備について、機能又は性能を当該各系統の試運転等により確認する。	原子炉の臨界反応操作を開始するにあたり、確認が必要な範囲について、設工認のとおりであり、技術基準に適合するものであること。	変更なし
検査項目	検査方法	判定基準					
発電用原子炉が臨界に達する時に必要なものを確認する検査及び工程上発電用原子炉が臨界に達する前でなければ実施できない検査	発電用原子炉の出力を上げるにあたり、発電用原子炉に燃料体を挿入した状態での確認項目として、燃料体の炉内配置及び原子炉の核的特性等を確認する。また、工程上発電用原子炉が臨界に達する前でなければ機能又は性能を確認できない設備について、機能又は性能を当該各系統の試運転等により確認する。	原子炉の臨界反応操作を開始するにあたり、確認が必要な範囲について、設工認のとおりであり、技術基準に適合するものであること。					

### 2.2.3 工事完了時の検査

全ての工事が完了したとき、表 7 に示す検査を実施する。

表 7 工事完了時の検査<sup>(注)</sup>

検査項目	検査方法	判定基準
発電用原子炉の出力運転時における発電用原子炉施設の総合的な性能を確認する検査、その他工事の完了を確認するため必要な検査	工事の完了を確認するために、発電用原子炉で発生した蒸気を用いる施設の試運転等により、当該各系統の機能又は性能の最終的な確認を行う。 発電用原子炉の出力を上げた状態における確認項目として、プラント全体での最終的な試運転により発電用原子炉施設の総合的な性能を確認する。	当該原子炉施設の供用を開始するにあたり、原子炉施設の安全性を確保するために必要な範囲について、設工認のとおりであり、技術基準に適合するものであること。

(注) 基本設計方針のうち適合性確認対象に対して実施可能な検査を含む。

変更前	変更後												
<p>2.3 基本設計方針検査</p> <p>基本設計方針のうち「構造、強度又は漏えいに係る検査」及び「機能又は性能に係る検査」では確認できない事項について、表 8 に示す検査を実施する。</p> <p style="text-align: center;">表 8 基本設計方針検査</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>検査項目</th><th>検査方法</th><th>判定基準</th></tr> </thead> <tbody> <tr> <td>基本設計方針検査</td><td>基本設計方針のうち表 1、表 4、表 5、表 6、表 7 では確認できない事項について、基本設計方針に従い工事が実施されたことを工事中又は工事完了時における適切な段階で確認する。</td><td>「基本設計方針」のとおりであること。</td></tr> </tbody> </table> <p>2.4 品質マネジメントシステムに係る検査</p> <p>実施した工事が、「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」に記載したプロセス、「1. 工事の手順」並びに「2. 使用前事業者検査の方法」のとおり行われていることの実施状況を確認するとともに、使用前事業者検査で記録確認の対象となる工事の段階で作成される製造メーカー等の記録の信頼性を確保するため、表 9 に示す検査を実施する。</p> <p style="text-align: right;">変更なし</p> <p style="text-align: center;">表 9 品質マネジメントシステムに係る検査</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>検査項目</th><th>検査方法</th><th>判定基準</th></tr> </thead> <tbody> <tr> <td>品質マネジメントシステムに係る検査</td><td>工事が設工認の「工事の方法」及び「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」に示すプロセスのとおり実施していることを品質記録や聞き取り等により確認する。この確認には、検査における記録の信頼性確認として、基となる記録採取の管理方法の確認やその管理方法の遵守状況の確認を含む。</td><td>設工認で示す「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」及び「工事の方法」のとおりに工事管理が行われていること。</td></tr> </tbody> </table>	検査項目	検査方法	判定基準	基本設計方針検査	基本設計方針のうち表 1、表 4、表 5、表 6、表 7 では確認できない事項について、基本設計方針に従い工事が実施されたことを工事中又は工事完了時における適切な段階で確認する。	「基本設計方針」のとおりであること。	検査項目	検査方法	判定基準	品質マネジメントシステムに係る検査	工事が設工認の「工事の方法」及び「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」に示すプロセスのとおり実施していることを品質記録や聞き取り等により確認する。この確認には、検査における記録の信頼性確認として、基となる記録採取の管理方法の確認やその管理方法の遵守状況の確認を含む。	設工認で示す「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」及び「工事の方法」のとおりに工事管理が行われていること。	
検査項目	検査方法	判定基準											
基本設計方針検査	基本設計方針のうち表 1、表 4、表 5、表 6、表 7 では確認できない事項について、基本設計方針に従い工事が実施されたことを工事中又は工事完了時における適切な段階で確認する。	「基本設計方針」のとおりであること。											
検査項目	検査方法	判定基準											
品質マネジメントシステムに係る検査	工事が設工認の「工事の方法」及び「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」に示すプロセスのとおり実施していることを品質記録や聞き取り等により確認する。この確認には、検査における記録の信頼性確認として、基となる記録採取の管理方法の確認やその管理方法の遵守状況の確認を含む。	設工認で示す「設計及び工事に係る品質マネジメントシステム」及び「工事の方法」のとおりに工事管理が行われていること。											

変更前	変更後
<p><b>3. 工事上の留意事項</b></p> <p><b>3.1 設置又は変更の工事に係る工事上の留意事項</b></p> <p>発電用原子炉施設の設置又は変更の工事並びに主要な耐圧部の溶接部における工事の実施にあたっては、発電用原子炉施設保安規定を遵守するとともに、従事者及び公衆の安全確保や既設の安全上重要な機器等への悪影響防止等の観点から、以下に留意し工事を進める。なお、工事の手順と使用前事業者検査との関係については、図1、図2及び図3に示す。</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>a. 設置又は変更の工事を行う発電用原子炉施設の機器等について、周辺資機材、他の発電用原子炉施設及び環境条件からの悪影響や劣化等を受けないよう、隔離、作業環境維持、異物侵入防止対策等の必要な措置を講じる。</li> <li>b. 工事にあたっては、既設の安全上重要な機器等へ悪影響を与えないよう、現場状況、作業環境及び作業条件を把握し、作業に潜在する危険性又は有害性や工事用資機材から想定される影響を確認するとともに、隔離、火災防護、溢水防護、異物侵入防止対策、作業管理等の必要な措置を講じる。</li> <li>c. 設置又は変更の工事を行う発電用原子炉施設の機器等について、必要に応じて、供用後の施設管理のための重要なデータを採取する。</li> <li>d. プラントの状況に応じて、検査・試験、試運転等の各段階における工程を管理する。</li> <li>e. 設置又は変更の工事を行う発電用原子炉施設の機器等について、供用開始後に必要な機能性能を発揮できるよう製造から供用開始までの間、管理する。</li> <li>f. 放射性廃棄物の発生量低減に努めるとともに、その種類に応じて保管及び処理を行う。</li> <li>g. 現場状況、作業環境及び作業条件を把握し、放射線業務従事者に対して防護具の着用や作業時間管理等適切な被ばく低減措置と、被ばく線量管理を行う。また、公衆の放射線防護のため、気体及び液体廃棄物の放出管理については、周辺管理区域外の空気中・水中の放射性物質濃度が「核原料物質又は核燃料物質の精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」に定める値を超えないようにするとともに、放出管理目標値を超えないように努める。</li> <li>h. 修理の方法は、基本的に「図1 工事の手順と使用前事業者検査のフロー(燃料体を除く。)」の手順により行うこととし、機器等の全部又は一部に</li> </ul>	変更なし

変更前	変更後
<p>ついて、撤去、切断、切削又は取外しを行い、据付、溶接又は取付け、若しくは同等の方法により、同等仕様又は性能・強度が改善されたものに取替を行う等、機器等の機能維持又は回復を行う。また、機器等の一部撤去、一部撤去の既設端部について閉止板の取付け、蒸気発生器、熱交換器又は冷却器の伝熱管への閉止栓取付け若しくは同等の方法により適切な処置を実施する。</p> <p>i. 特別な工法を採用する場合の施工方法は、技術基準に適合するよう、安全性及び信頼性について必要に応じ検証等により十分確認された方法により実施する。</p> <p><b>3.2 燃料体の加工に係る工事上の留意事項</b></p> <p>燃料体の加工に係る工事の実施にあたっては、以下に留意し工事を進める。</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>a. 工事対象設備について、周辺資機材、他の加工施設及び環境条件から波及的影響を受けないよう、隔離等の必要な措置を講じる。</li> <li>b. 工事を行うことにより、他の供用中の加工施設が有する安全機能に影響を与えないよう、隔離等の必要な措置を講じる。</li> <li>c. 工事対象設備について、必要に応じて、供用後の施設管理のための重要なデータを採取する。</li> <li>d. 加工施設の状況に応じて、検査・試験等の各段階における工程を管理する。</li> <li>e. 工事対象設備について、供用開始後に必要な機能性能を発揮できるよう維持する。</li> <li>f. 放射性廃棄物の発生量低減に努めるとともに、その種類に応じて保管及び処理を行う。</li> <li>g. 放射線業務従事者に対する適切な被ばく低減措置と、被ばく線量管理を行う。</li> </ul>	変更なし

変更前	変更後
<p style="text-align: center;">発電用原子炉施設</p> <p style="text-align: center;">(製作工場で機能、性能検査を実施しない場合) (製作工場で機能、性能検査を実施する場合)</p> <p>※1: 材料入手、加工及び組立て等は必要な場合のみ実施する。主要な耐圧部の溶接部に係る溶接施工は図2の工事フローに従い実施する。</p> <p>※2: 品質マネジメントシステムに係る検査は、工事の数、工事期間を考慮して適切な時期と頻度で実施する。</p> <p>※3: 取外しは、発電所で機器等を取り外して製作工場で加工等を実施する場合があり、その場合は発電所で機器等を取り外した後、製作工場の工事の手順から実施する。</p> <p>※4: 立会、抜取り立会、記録確認のいずれかで実施するかは、重要度に応じて個別の使用前事業者検査要領書で定める。</p> <p>【凡例】</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>◇: 品質マネジメントシステムに係る検査以外の使用前事業者検査の検査項目 (適切な時期に以下のうち必要な検査を実施)</li> <li>a. 構造、強度又は漏えいに係る検査 <ul style="list-style-type: none"> <li>・材料検査</li> <li>・寸法検査</li> <li>・外観検査</li> <li>・据付検査</li> <li>・状態確認検査</li> <li>・耐圧検査</li> <li>・漏えい検査</li> <li>・原子炉格納施設が直接設置される基盤の状態を確認する検査</li> <li>・建物・構築物の構造を確認する検査</li> </ul> </li> <li>b. 機能又は性能に係る検査 <ul style="list-style-type: none"> <li>・状態確認検査</li> <li>・特性検査</li> <li>・機能検査</li> <li>・性能検査</li> </ul> </li> <li>c. 基本設計方針検査</li> </ul> <p>◇: 品質マネジメントシステムに係る検査</p>	変更なし

図1 工事の手順と使用前事業者検査のフロー（燃料体を除く。）

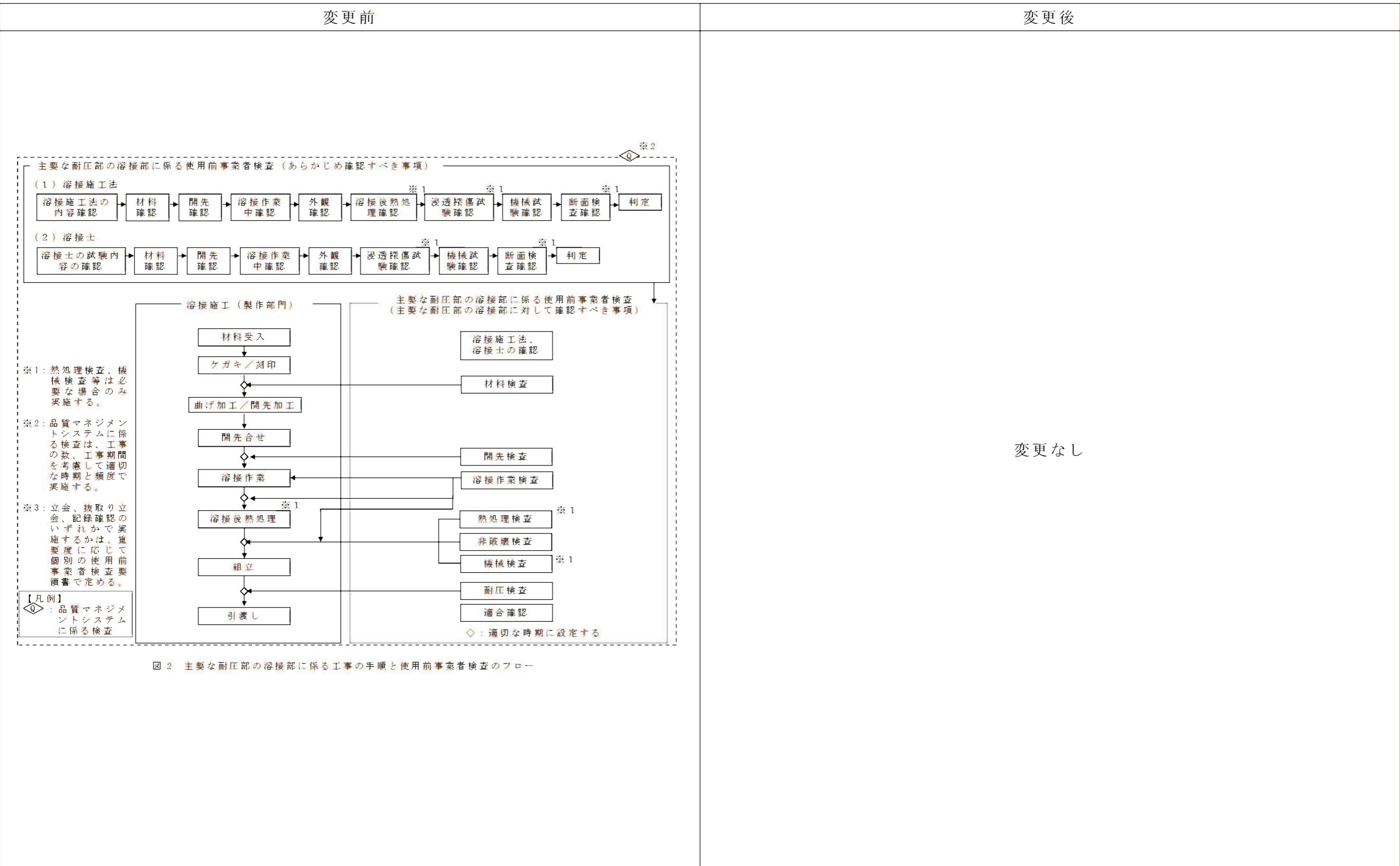


図3 主要な耐圧部の接合部に係る工事の手順と使用前事業者検査のフロー

変更前	変更後
<p style="text-align: center;"><u>発電用原子炉施設</u></p> <p style="text-align: right;">変更なし</p>	

図 3 工事の手順と使用前事業者検査のフロー（燃料体）

## 玄海3号機 蒸気発生器保管庫工認 既工認との差分整理表（仕様）

項目		既工認	蒸気発生器保管庫工認	備考
放射性廃棄物の廃棄施設	名称	蒸気発生器保管庫 (1号機設備、1,2号機共用)	蒸気発生器保管庫 (1,2,3号機共用)	・ 玄海3号機原子炉容器上部ふた取替工事において、取り外した原子炉容器上部ふたを蒸気発生器保管庫に保管することから、当該保管庫を1,2,3号機共用とする。
	容量	地上1階 蒸気発生器 4基 原子炉容器上部ふた 2基 炉内構造物 2基 及び その他廃棄物 880m <sup>3</sup>	地上1階 蒸気発生器 4基 原子炉容器上部ふた 3基 炉内構造物 2基 及び その他廃棄物 880m <sup>3</sup>	・ 玄海3号機原子炉容器上部ふた取替工事において、取り外した原子炉容器上部ふたを蒸気発生器保管庫に保管することから、容量を変更する。
放射線管理施設	名称	蒸気発生器保管庫 (1号機設備、1,2号機共用)	蒸気発生器保管庫 (1,2,3号機共用)	・ 玄海3号機原子炉容器上部ふた取替工事において、取り外した原子炉容器上部ふたを蒸気発生器保管庫に保管することから、当該保管庫を1,2,3号機共用とする。
火災防護設備	火災区域（区画）名称	—	蒸気発生器保管庫 (1,2,3号機共用)	・ 1,2,3号機共用に伴い、新規制基準に適合させるため新たに蒸気発生器保管庫を火災防護設備の火災区域・区画構造物として登録する。
	区分	—	火災区域	
	番号	—	SGB	
	種類	—	壁	
	主要寸法(mm)	—	300	
	材料	—	鉄筋コンクリート	
放射性廃棄物の廃棄施設	1.5 設備の共用	—	1.5 設備の共用 蒸気発生器保管庫は1号機及び2号機の蒸気発生器の取替えに伴い取り外した蒸気発生器4基等並びに1号機、2号機及び3号機の原子炉容器上部ふた取替えに伴い取り外した原子炉容器上部ふた3基等並びに1号機及び2号機の炉内構造物2基等を十分貯蔵保管する能力を有する容量設計を行うこととし、1号機、2号機及び3号機の取り替えた蒸気発生器等の線源強度より生体遮蔽の設計を行うことで、発電用原子炉施設の安全性を損なわない設計とすることから、1号機、2号機及び3号機で共用できる設計とする。	・ 玄海3号機原子炉容器上部ふた取替工事において、取り外した原子炉容器上部ふたを蒸気発生器保管庫に保管し、当該保管庫を1,2,3号機共用することから本記載を追加。
放射線管理施設	2.4 設備の共用 2.4.2 生体遮蔽装置 (1) 補助遮蔽	—	(1) 補助遮蔽 蒸気発生器保管庫は1号機及び2号機の蒸気発生器の取替えに伴い取り外した蒸気発生器4基等並びに1号機、2号機及び3号機の原子炉容器上部ふた取替えに伴い取り外した原子炉容器上部ふた3基等並びに1号機及び2号機の炉内構造物2基等を十分貯蔵保管する能力を有する容量設計を行うこととし、1号機、2号機及び3号機の取り替えた蒸気発生器等の線源強度より生体遮蔽の設計を行うことで、発電用原子炉施設の安全性を損なわない設計とすることから、1号機、2号機及び3号機で共用できる設計とする。	・ 玄海3号機原子炉容器上部ふた取替工事において、取り外した原子炉容器上部ふたを蒸気発生器保管庫に保管し、当該保管庫を1,2,3号機共用することから本記載を追加。
火災防護設備	1.1 設計基準対象施設及び重大事故等対処施設 (4) 設備の共用	(4) 設備の共用 火災区域構造物の一部は、共用する火災区域を設定するために必要な構造物により構成し、共用により発電用原子炉施設の安全性を損なわない設計とする。	変更なし	・ 既工認と同じ

玄海3号機 蒸気発生器保管庫工認 既工認との差分整理表（添付資料）

添付書類リスト	既工認からの変更点	設置許可時の説明 <sup>(注)</sup> からの追加事項	備考
添付資料	添付資料1 許可との整合性に関する説明書	蒸気発生器保管庫共用化に係る申請内容について、設置変更許可と設工認の整合性を説明	—
	添付資料2 設定根拠に関する説明書	保管対象物（原子炉容器上部ふた）の追加による容量変更	—
	添付資料3 健全性に関する説明書	蒸気発生器保管庫を構成する施設に係る申請内容について、健全性を説明	—
	添付資料4 火災防護に関する説明書	蒸気発生器保管庫への火災防護設計について説明	×
	添付資料5 通信連絡設備に関する説明書	蒸気発生器保管庫に設置する通信連絡設備の設計について説明	×
	添付資料6 安全避難通路に関する説明書	蒸気発生器保管庫に設置する安全避難通路の設計について説明	×
	添付資料7 非常用照明に関する説明書	蒸気発生器保管庫に設置する安全避難通路を構成する避難用照明の設計について説明	×
	添付資料8 耐震性に関する説明書	蒸気発生器保管庫を構成する施設に係る申請内容について、耐震性を説明	×
	添付資料9 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	蒸気発生器保管庫（管理区域）の出入管理設備についての設計について説明	—
	添付資料10 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	保管対象物（原子炉容器上部ふた）の追加に伴う、補助遮蔽の放射線の遮蔽及び熱除去の評価について説明	○
添付図面	第1図 主要設備の配置の状況を明示した平面図（発電所全体図）	3号機の主要設備の配置図に蒸気発生器保管庫を追加	—
	第2図 通信連絡設備の取付個所を明示した図面	蒸気発生器保管庫に設置する通信連絡設備の配置を記載	—
	第3図 安全避難通路を明示した図面	蒸気発生器保管庫に設置する安全避難通路の配置を記載	—
	第4図 非常用照明の取付個所を明示した図面	蒸気発生器保管庫に設置する非常用照明の配置を記載	—
	第5図 放射性廃棄物の廃棄施設に係る機器の配置を明示した図面	蒸気発生器保管庫の配置を記載	—
	第6図 放射性廃棄物の廃棄施設の構造図	蒸気発生器保管庫の構造を記載	—
	第7図 放射線管理施設に係る機器の配置を明示した図面	蒸気発生器保管庫の補助遮蔽の配置を記載	—
	第8図 放射線管理施設の構造図	蒸気発生器保管庫の補助遮蔽の構造を記載	—
	第9図 火災防護設備に係る機器の配置を明示した図面及び構造図	蒸気発生器保管庫の火災区域構造物及び火災区画構造物の配置及び構造を記載	—

(注) 設置許可時の説明からの追加事項の凡例は以下のとおり。

○：設置許可時に説明した内容から追加あり

×：設置許可時に説明した内容から追加なし

—：設置許可時に説明未実施