

女川原子力発電所第2号機 工事計画審査資料	
資料番号	02-補-E-01-0100-6-2 改1
提出年月日	2023年5月18日

補足-100-6-2 原子炉冷却材浄化系主配管の

要目表記載変更について

2023年5月

東北電力株式会社

原子炉冷却材浄化系主配管の要目表記載変更について

1. 目的

原子炉冷却材浄化系 主配管（G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点）（高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点）について、配管の一部を曲げ管からエルボ材に変更することが要目表に適切に記載されていなかったことから要目表の記載の変更を行う。

2. 要目表の記載の変更の概要

配管の一部を曲げ管からエルボ材に変更することで変更となる点は以下のとおりである（添付資料 1～3 参照）。

(1) G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点

変更前：－

変更後：(最高使用圧力)8.62(MPa)，(最高使用温度)302(°C)，(外径)165.2(mm)，(厚さ)(14.3)(mm)，
(材料) STS410

(2) 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点

変更前：－

変更後：(最高使用圧力)8.62(MPa)，(最高使用温度)302(°C)，(外径)165.2(mm)，(厚さ)(14.3)(mm)，
(材料) STS410

3. 要目表の記載の変更の必要性

原子炉冷却材浄化系 主配管（G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点）（高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点）について、2021 年 12 月 23 日認可の要目表において原子炉冷却材浄化系配管に高圧代替注水系配管を接続するためにエルボ新設を含むルート変更を実施した。この際、配管の一部を建設時の曲げ管から製作管理が容易なエルボ材に変更したが、要目表の変更後（改造後）にエルボを新設することが適切に記載されていないため要目表の記載の変更を行う必要がある。

4. 設工認手続きについて

本手続きでは、配管の一部を曲げ管からエルボ材に変更することに対して要目表の記載の変更を行う。

本手続きは、「実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則」の別表第一において、原子炉冷却材浄化設備に係るものの「改造」に該当することから、「核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律」第 43 条の 3 の 9 第 2 項に基づき、設計及び工事の計画の変更認可申請を行うものである。

なお、本手続きの対象のうち「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系配管注入配管合流点」は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）及び原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高圧代替注水系）と兼用しているため、兼用設備も含めた設計及び工事の計画の変更認可申請を行う。

5. 設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理について

設計及び工事の計画の変更認可申請を行うにあたり、技術基準規則の条文ごとに、該当する適合性

確認の可否を整理した結果を添付資料 4 に示す。

6. 添付すべき資料の整理

本手続きによる設計及び工事計画変更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」の別表第二の上欄に記載される種類に応じて、下欄に記載される添付書類を添付する必要がある。

ただし、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、添付書類の可否を検討した。検討結果を添付資料 5, 6 に示す。

以 上

添付資料 1-1 : 原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表 (今回変更認可申請資料)

添付資料 1-2 : 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) 主配管の要目表 (今回変更認可申請資料)

添付資料 1-3 : 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備 (高圧代替注水系) 主配管の要目表 (今回変更認可申請資料)

添付資料 2 : 高圧代替注水系 (原子炉冷却材浄化系) の系統図

添付資料 3 : 機器の配置を明示した図面 (今回変更認可申請資料)

添付資料 4-1 : 設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理結果 (原子炉冷却材浄化系 主配管)

添付資料 4-2 : 設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理結果 (高圧代替注水系 主配管)

添付資料 5-1 : 設計及び工事計画変更認可申請書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可否の検討結果 (原子炉冷却材浄化系 主配管)

添付資料 5-2 : 設計及び工事計画変更認可申請書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可否の検討結果 (高圧代替注水系 主配管)

添付資料 6-1 : 設計及び工事の計画の変更認可申請書に添付する添付書類の変更有無について (原子炉冷却材浄化系 主配管)

添付資料 6-2 : 設計及び工事の計画の変更認可申請書に添付する添付書類の変更有無について (高圧代替注水系 主配管)

添付資料 1-1：原子炉冷却材浄化系主配管の要目表（今回変更認可申請資料）

変更前						変更後															
名称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温度 (°C)	外径*1 (mm)	厚さ*2 (mm)	材料	名称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温度 (°C)	外径*1 (mm)	厚さ*2 (mm)	材料										
原子炉冷却材浄化系	原子炉冷却材浄化系ろ過脱塩器 ～ 原子炉冷却材浄化系再生熱交換器	10.20 *4	66	139.8	(12.7)	STS42 STS410	変更なし														
				216.3	(18.2)	STS42															
	原子炉冷却材浄化系再生熱交換器連絡管(胴側)	10.20 *4	302	216.3	(18.2)	STS42						変更なし									
	原子炉冷却材浄化系再生熱交換器 ～ G31-F022	10.20 *4	302	216.3	(18.2)	STS42 STS410	変更なし														
	G31-F022 ～ 高压代替注水系注入配管合流点	8.62 *4	302	216.3	(18.2)	STS42	原子炉冷却材浄化系	G31-F022 ～ 高压代替注水系注入配管合流点	8.62	302	165.2	(14.3)	STS410 *5								
				216.3	(18.2)	STS42															
				/	/	/															
				216.3	(18.2)	STS42															
				/	/	/															
				216.3	(18.2)	STS42															
				/	/	/															
				165.2	(14.3)	STS410 *5															
	165.2	(14.3)	STS410 *5																		
	—	—	—	—	—	—								—	—	—	—	—			
	高压代替注水系注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点	8.62 *4	302	165.2	(14.3)	STS410 *5								高压代替注水系注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点	8.62	302	165.2	(14.3)	STS410		
165.2																				(14.3)	SFVC2B
165.2																				(14.3)	STS410
165.2																				(14.3)	STS410
—	—	—	—	—	—	—								—	—	—	—				
—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—										
—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—										
—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—										
—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—										
—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—										
—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—										

8.62 : 手続き対象

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

添付資料 1-2：非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（高压代替注水系）
 主配管の要目表（今回変更認可申請資料）

名称	変更前					名称	変更後				
	最高使用圧 (MPa)	最高使用温度 (°C)	外径*1 (mm)	厚さ*2 (mm)	材料		最高使用圧*3 (MPa)	最高使用温度*3 (°C)	外径*1 (mm)	厚さ*2 (mm)	材料
高压代替注水系						高压代替注水系吸込配管分岐点 ～ 高压代替注水系タービンポンプ	1.37	66	216.3	(8.2)	SUS304TP
									216.3	(8.2)	SUS304TP
									216.3	(8.2)	STS410
									216.3	(8.2)	STS410
									216.3	(8.2)	STS410
									/	/	STS410
									165.2	(7.1)	
									114.3	(13.5)	STS410
									114.3	(13.5)	STS410
									114.3	(13.5)	STS410
						114.3	(13.5)	STS410			
						/	/				
						165.2	(18.2)	STS410			
						114.3	(13.5)	STS410			
						165.2	(18.2)	STS410			
						165.2	(18.2)	STS410			
						165.2	(18.2)	STS410			
						/	/				
						165.2	(18.2)	STS410			
						/	/				
165.2	(14.3)	STS410									
165.2	(14.3)	STS410									
165.2	(14.3)	STS410									
/	/										
165.2	(14.3)	STS410									
原子炉冷却材浄化系						*11	3. 原子炉冷却系統施設 3.9 原子炉冷却材浄化設備 3.9.1 原子炉冷却材浄化系 (6) 主配管 に記載する。				

: 手続き対象

添付資料 1-3 : 原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高圧代替注水系）主配管の要目表（今回変更認可申請資料）

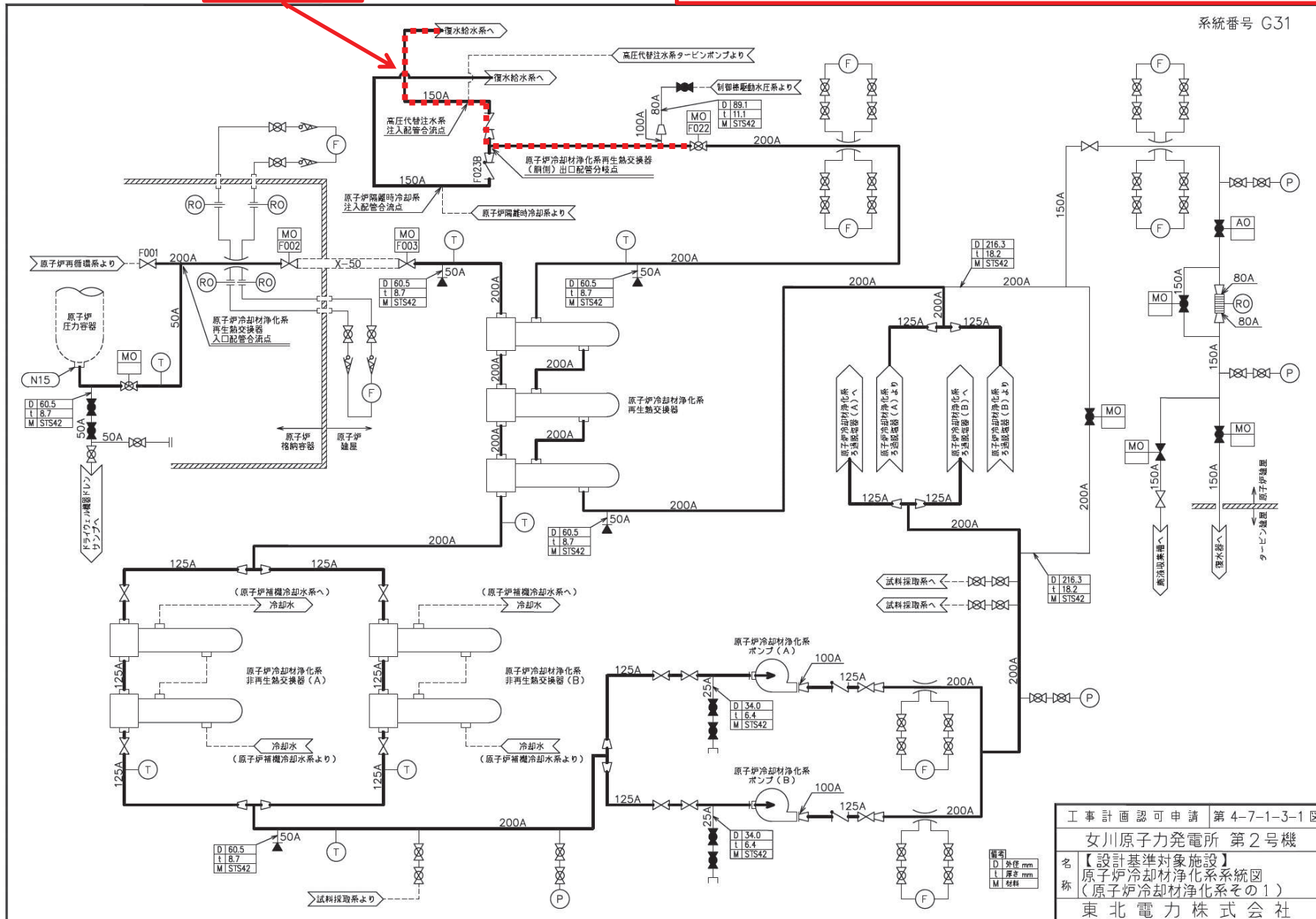
変更前						変更後					
名 称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温度 (°C)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料	名 称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温度 (°C)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料
高圧代替注水系						高圧炉心スプレイス系 *8 復水貯蔵タンク出口配管分岐点 ～ 低圧代替注水系吸込配管分岐点	3. 原子炉冷却系統施設 3.6 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 3.6.1 高圧炉心スプレイス系 (7) 主配管（常設）に記載する。				
						高圧代替注水系 *6 高圧代替注水系吸込配管分岐点 ～ 高圧代替注水系タービンポンプ	3. 原子炉冷却系統施設 3.6 非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備 3.6.3 高圧代替注水系 (7) 主配管（常設）に記載する。				
						高圧代替注水系 *6 高圧代替注水系タービンポンプ ～ 高圧代替注水系注入配管合流点	3. 原子炉冷却系統施設 3.9 原子炉冷却材浄化設備 3.9.1 原子炉冷却材浄化系 (6) 主配管 に記載する。				
						原子炉冷却材浄化系 *10 原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点 ～ 原子炉格納容器配管貫通部(X-12A)	3. 原子炉冷却系統施設 3.4 原子炉冷却材の循環設備 3.4.2 復水給水系 (8) 主配管 に記載する。				
						原子炉格納容器配管貫通部(X-12A) *5	7. 原子炉格納施設 7.1 原子炉格納容器 (4) 原子炉格納容器配管貫通部及び電気配線貫通部 に記載する。				

: 手続き対象

手続き対象設備

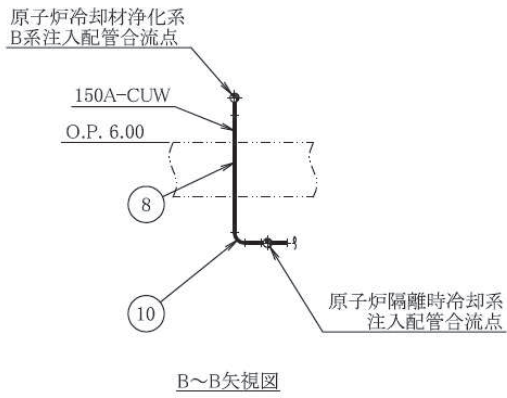
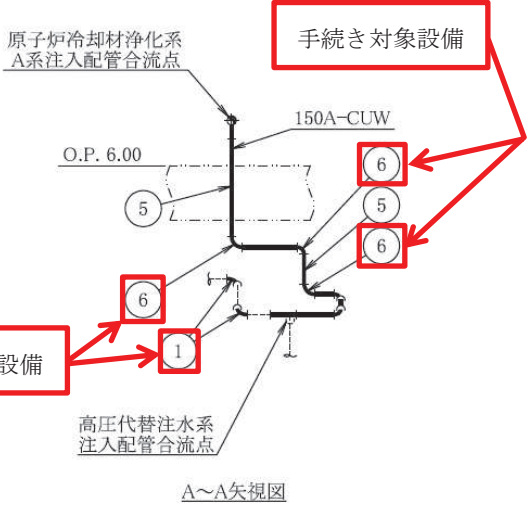
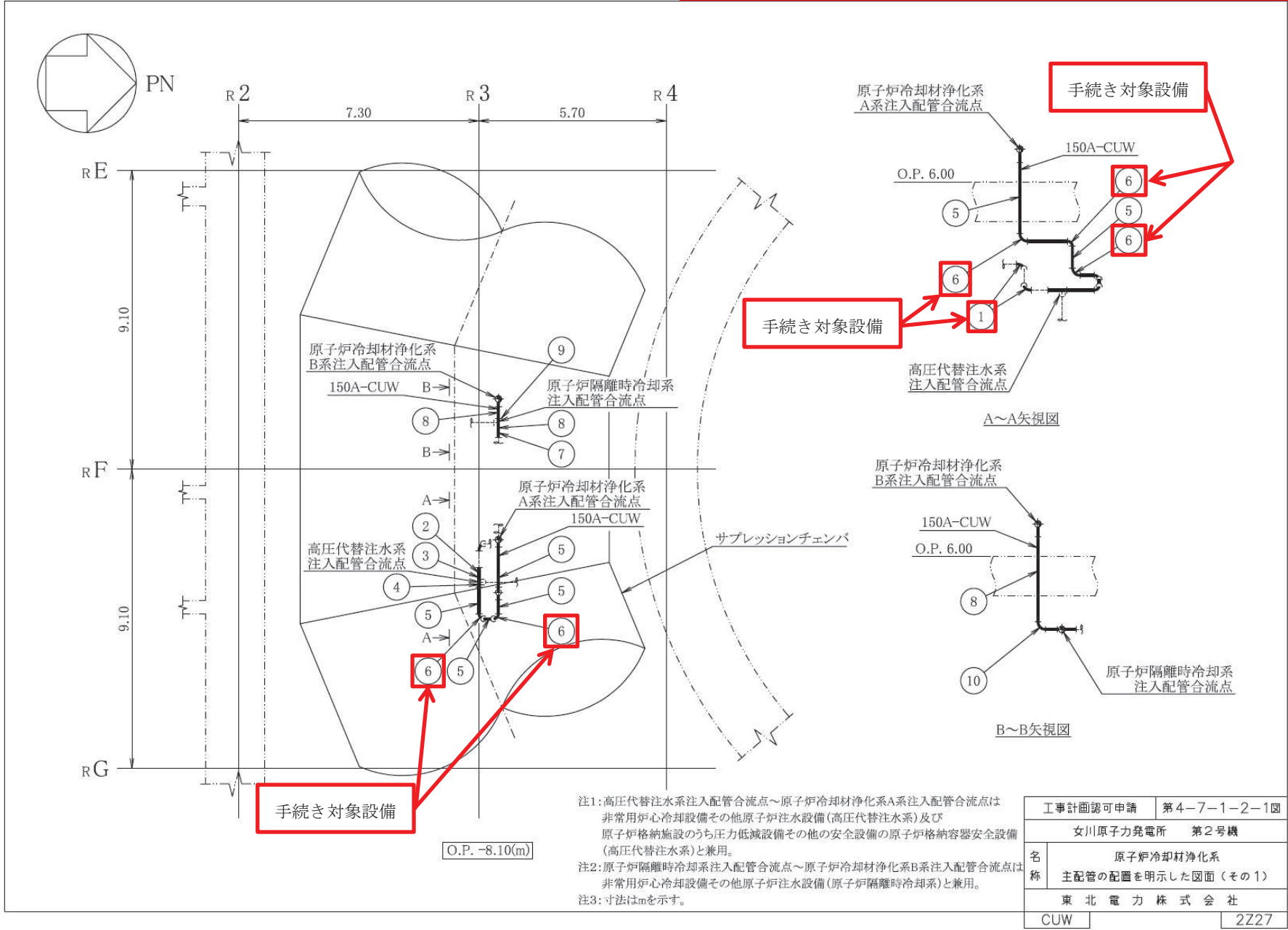
添付資料 2: 原子炉冷却材浄化系の系統図 (今回変更認可申請資料)

系統番号 G31



工事計画認可申請 第4-7-1-3-1図	
女川原子力発電所 第2号機	
名称	【設計基準対象施設】 原子炉冷却材浄化系系統図 (原子炉冷却材浄化系その1)
東北電力株式会社	

添付資料3：機器の配置を明示した図面（今回変更認可申請資料）



手続き対象設備

- 注1: 高压代替注水系注入配管合流点~原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点は非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備(高压代替注水系)及び原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(高压代替注水系)と兼用。
- 注2: 原子炉隔離時冷却系注入配管合流点~原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点は非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備(原子炉隔離時冷却系)と兼用。
- 注3: 寸法はmを示す。

工事計画認可申請	第4-7-1-2-1図
女川原子力発電所 第2号機	
名称	原子炉冷却材浄化系 主配管の配置を明示した図面(その1)
東北電力株式会社	
CUW	2Z27

設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理結果(原子炉冷却材浄化系 主配管)

【凡例】○：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

△：適用条文であるが、既に適合性が確認されている条文

×：適用を受けない条文

技術基準条文		適用要否判断	理由	適合性を確認するための申請書類
第4条	設計基準対象施設の地盤	△	本設備は、設計基準対象施設であることから、適用条文となるが、設計基準対象施設の地盤については、令和3年12月23日付け原規発第2112231号にて認可された設計及び工事の計画（以下、「既工事計画」という）において適合性が確認されており、本手続きにおいて既工事計画から要目表の記載の変更をするもの、設置地盤を変更するもしくは影響を与えるものではなく、設計基準対象施設の地盤に係る設計は本手続きに関係しないため、審査対象条文とはならない。	－
第5条	地震による損傷の防止	○	本設備は、耐震重要度分類クラス機器の評価範囲にあり、それに応じた地震力に耐える設計であることの確認が必要であり、本条文に適合していることの確認が必要であるため、審査対象条文となる。耐震重要度分類クラスの地震力に耐える設計であることを、右記の申請書類で確認し、本条文に適合していると判断した。	・耐震性に関する説明書
第6条	津波による損傷の防止	△	本設備は、設計基準対象施設であることから、適用条文となるが、津波による損傷の防止については、既工事計画において適合性が確認されており、本手続きにおいて既工事計画から要目表の記載の変更をするもの、設置場所の変更や津波防護施設の変更を行うものではなく、津波による損傷の防止に係る設計は本手続きに関係しないため、審査対象条文とはならない。	－
第7条	外部からの衝撃による損傷の防止	△	本設備は、設計基準対象施設であることから、適用条文となるが、外部からの衝撃による損傷の防止については、既工事計画において適合性が確認されており、本手続きにおいて既工事計画から要目表の記載の変更をするもの、設置場所の変更や外部からの衝撃に対する防護措置の変更を行うものではなく、外部からの衝撃による損傷の防止に係る設計は本手続きに関係しないため、審査対象条文とはならない。	－
第8条	立入りの防止	△	工場等に係る要求であることから、適用条文となるが、立ち入りの防止については、工場、事業所（発電所）に対する要求であり、既工事計画において適合性が確認されており、本申請は、立ち入りの防止が図られた区域内に設置されている設備の手続きであり、既設計に影響を与えるものではないことから、審査対象条文とはならない。	－
第9条	発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止	△	工場等に係る要求であることから、適用条文となるが、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は、工場、事業所（発電所）に対する要求であり、既工事計画において適合性が確認されており、本申請は、人の不法な侵入・不正アクセス等の防止が図られた区域内に設置されている設備の手続きであり、既設計に影響を与えるものではないことから、審査対象条文とはならない。	－
第10条	急傾斜地の崩壊の防止	×	女川原子力発電所において急傾斜地崩壊危険区域に指定された箇所はないことから、適用条文とはならない。	－
第11条	火災による損傷の防止	△	本設備は、設計基準対象施設であることから、適用条文となるが、火災による損傷の防止については、既工事計画において適合性が確認されており、本手続きにおいて既工事計画から要目表の記載の変更をするもの、設置場所の変更や不燃材料を使用する設計の変更を行うものではなく、火災による損傷の防止に係る設計は本手続きに関係しないため、審査対象条文とはならない。	－
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	△	本設備は、設計基準対象施設であることから、適用条文となるが、溢水による損傷の防止については、既工事計画において適合性が確認されており、本手続きにおいて既工事計画から要目表の記載の変更をするもの、設置場所の変更、浸水防護設備の変更および既工事計画の溢水評価の変更を行うものではなく、溢水による損傷の防止に係る設計は本手続きに関係しないため、審査対象条文とはならない。	－
第13条	安全避難通路等	△	本設備は、発電用原子炉設備であることから、適用条文となるが、安全避難通路等については、既工事計画において適合性が確認されており、本手続きにおいて既工事計画から要目表の記載の変更をするもの、設置場所の変更や安全避難通路等に係る設計の変更を行うものではなく、安全避難通路等に係る設計は本手続きに関係しないため、審査対象条文とはならない。	－
第14条	安全設備	○	本設備は、安全施設であり、変更を行う設備が通常運転時、運転時の異常な過渡変化及び設計基準事故等において、必要な機能が、発揮できることを確認する必要があるため、審査対象条文となる。必要な機能を発揮することを、右記の申請書類で確認し、本条文に適合していると判断した。	・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
第15条	設計基準対象施設の機能	○	本設備は設計基準対象施設であり、設計基準対象施設の機能として、保守点検を含めた試験・検査性について、適合性の確認が必要であり、審査対象条文となる。悪影響防止及び保守点検を含めた試験・検査性が確保されている設計であることを、右記の申請書類で確認し、本条文に適合していると判断した。	・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
第16条	全交流動力電源喪失対策設備	×	本設備は、全交流動力電源喪失対策設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	－
第17条	材料及び構造	○	本設備は、クラス2機器として必要な機械的強度等を有していることの確認が必要であるため、審査対象条文となる。クラス2機器として、必要な機械的強度等を有していることを、右記の申請書類で確認し、本条文の規定に適合していると判断した。	・強度に関する説明書
第18条	使用中の亀裂等による破壊の防止	△	本設備は、クラス2機器であり適用条文となるが、使用中の亀裂等による破壊の防止については、維持段階での要求であるため、設計段階においては審査対象条文とはならない。	－
第19条	流体振動等による損傷の防止	△	本設備は、原子炉冷却材浄化系に係る配管であることから、適用条文となるが、流体振動等による損傷の防止については、既工事計画において適合性が確認されており、本手続きにおいて既工事計画から要目表の記載の変更をするもの、本設備は流体振動評価が必要な配管内円柱状構造物及び高サイクル熱疲労の評価対象に該当せず、流体振動等による損傷防止に係る設計は本手続きに関係しないため、審査対象条文とはならない。	－

設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理結果(原子炉冷却材浄化系 主配管)

【凡例】○：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

△：適用条文であるが、既に適合性が確認されている条文

×：適用を受けない条文

技術基準条文		適用要否判断	理 由	適合性を確認するための申請書類
第20条	安全弁等	×	本設備は、設計基準対象施設に該当するものの、安全弁等に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第21条	耐圧試験等	△	本設備は、クラス2機器であり適用条文となるが、耐圧試験等については、検査段階での要求であり、設計段階において審査対象条文とならない。	—
第22条	監視試験片	×	本設備は、設計基準対象施設に該当するものの、容器に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第23条	炉心等	×	本設備は、炉心等に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第24条	熱遮蔽材	×	本設備は、熱遮蔽材に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第25条	一次冷却材	×	本設備は、一次冷却材に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第26条	燃料取扱設備及び燃料貯蔵設備	×	本設備は、燃料取扱設備及び燃料貯蔵設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第27条	原子炉冷却材圧力バウンダリ	×	本設備は、原子炉冷却材圧力バウンダリに該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第28条	原子炉冷却材圧力バウンダリの隔離装置等	×	本設備は、原子炉冷却材圧力バウンダリの隔離装置等に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第29条	一次冷却材処理装置	×	本設備は、一次冷却材処理装置に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第30条	逆止め弁	×	本設備は、放射性物質を含まない流体を導く管への逆止め弁に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第31条	蒸気タービン	×	本設備は、蒸気タービンに該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第32条	非常用炉心冷却設備	×	本設備は、非常用炉心冷却設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第33条	循環設備等	○	本設備は、原子炉冷却材浄化系であるため審査対象条文となる。一次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設計であることを、右記の申請書類で確認し、本条文に適合していると判断した。	・基本設計方針 ・設定根拠に関する説明書
第34条	計測装置	×	本設備は、計測装置に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第35条	安全保護装置	×	本設備は、安全保護装置に該当しないことから、適用条文とはならない。	—

設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理結果(原子炉冷却材浄化系 主配管)

【凡例】○：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

△：適用条文であるが、既に適合性が確認されている条文

×：適用を受けない条文

技術基準条文		適用要否判断	理 由	適合性を確認するための申請書類
第36条	反応度制御系統及び原子炉停止系統	×	本設備は、反応度制御系統及び原子炉停止系統に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第37条	制御材駆動装置	×	本設備は、制御材駆動装置に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第38条	原子炉制御室等	×	本設備は、原子炉制御室等に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第39条	廃棄物処理設備等	×	本設備は、廃棄物処理設備等に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第40条	廃棄物貯蔵設備等	×	本設備は、廃棄物貯蔵設備等に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第41条	放射性物質による汚染の防止	×	本設備は、放射性物質による汚染の防止に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第42条	生体遮蔽等	×	本設備は、生体遮蔽等に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第43条	換気設備	×	本設備は、換気設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第44条	原子炉格納施設	×	本設備は、原子炉格納施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第45条	保安電源設備	×	本設備は、保安電源設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第46条	緊急時対策所	×	本設備は、緊急時対策所に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第47条	警報装置等	×	本設備は、警報装置等に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第48条	準用	×	本設備は、補助ボイラ、ガスタービン、内燃機関又は電気設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第49条	重大事故等対処施設の地盤	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第50条	地震による損傷の防止	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第51条	津波による損傷の防止	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—

設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理結果(原子炉冷却材浄化系 主配管)

【凡例】○：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

△：適用条文であるが、既に適合性が確認されている条文

×：適用を受けない条文

技術基準条文	適用要否判断	理由	適合性を確認するための申請書類
第52条 火災による損傷の防止	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第53条 特定重大事故等対処施設	×	本設備は、特定重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第54条 重大事故等対処設備	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第55条 材料及び構造	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第56条 使用中の亀裂等による破壊の防止	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第57条 安全弁等	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第58条 耐圧試験等	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第63条 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第64条 原子炉格納容器内の冷却等のための設備	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—

設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理結果(原子炉冷却材浄化系 主配管)

【凡例】○：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

△：適用条文であるが、既に適合性が確認されている条文

×：適用を受けない条文

技術基準条文		適用要否判断	理由	適合性を確認するための申請書類
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	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第69条	使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第71条	重大事故等時に必要となる水源及び水の供給設備	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第72条	電源設備	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第73条	計装設備	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第74条	運転員が原子炉制御室にとどまるための設備	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第75条	監視測定設備	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第76条	緊急時対策所	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第77条	通信連絡を行うために必要な設備	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第78条	準用	×	本設備は、重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—

設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理結果(高圧代替注水系 主配管)

【凡例】○：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

△：適用条文であるが、既に適合性が確認されている条文

×：適用を受けない条文

技術基準条文		適用要否判断	理由	適合性を確認するための申請書類
第4条	設計基準対象施設の地盤	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第5条	地震による損傷の防止	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第6条	津波による損傷の防止	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第7条	外部からの衝撃による損傷の防止	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第8条	立ち入りの防止	△	工場等に係る要求であることから、適用条文となるが、立ち入りの防止については、工場、事業所（発電所）に対する要求であり、既工事計画において適合性が確認されており、本申請は、立ち入りの防止が図られた区域内に設置されている設備の手続きであり、既設計に影響を与えるものではないことから、審査対象条文とならない。	—
第9条	発電用原子炉施設への人の不法な侵入等の防止	△	工場等に係る要求であることから、適用条文となるが、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は、工場、事業所（発電所）に対する要求であり、既工事計画において適合性が確認されており、本申請は、人の不法な侵入・不正アクセス等の防止が図られた区域内に設置されている設備の手続きであり、既設計に影響を与えるものではないことから、審査対象条文とならない。	—
第10条	急傾斜地の崩壊の防止	×	女川原子力発電所において急傾斜地崩壊危険区域に指定された箇所はないことから、適用条文とはならない。	—
第11条	火災による損傷の防止	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第13条	安全避難通路等	△	本設備は、発電用原子炉設備であることから、適用条文となるが、安全避難通路等については、既工事計画において適合性が確認されており、本手続きにおいて既工事計画から要目表の記載の変更をするもの、設置場所の変更や安全避難通路等に係る設計の変更を行うものではなく、安全避難通路等に係る設計は本手続きに係らないため、審査対象条文とならない。	—
第14条	安全設備	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第15条	設計基準対象施設の機能	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第16条	全交流動力電源喪失対策設備	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第17条	材料及び構造	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第18条	使用中の亀裂等による破壊の防止	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第19条	流体振動等による損傷の防止	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—

設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理結果(高圧代替注水系 主配管)

【凡例】○：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

△：適用条文であるが、既に適合性が確認されている条文

×：適用を受けない条文

技術基準条文		適用要否判断	理 由	適合性を確認するための申請書類
第20条	安全弁等	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第21条	耐圧試験等	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第22条	監視試験片	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第23条	炉心等	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第24条	熱遮蔽材	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第25条	一次冷却材	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第26条	燃料取扱設備及び燃料貯蔵設備	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第27条	原子炉冷却材圧力バウンダリ	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第28条	原子炉冷却材圧力バウンダリの隔離装置等	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第29条	一次冷却材処理装置	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第30条	逆止め弁	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第31条	蒸気タービン	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第32条	非常用炉心冷却設備	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第33条	循環設備等	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第34条	計測装置	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第35条	安全保護装置	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—

設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理結果(高圧代替注水系 主配管)

【凡例】○：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

△：適用条文であるが、既に適合性が確認されている条文

×：適用を受けない条文

技術基準条文		適用要否判断	理 由	適合性を確認するための申請書類
第36条	反応度制御系統及び原子炉停止系統	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第37条	制御材駆動装置	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第38条	原子炉制御室等	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第39条	廃棄物処理設備等	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第40条	廃棄物貯蔵設備等	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第41条	放射性物質による汚染の防止	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第42条	生体遮蔽等	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第43条	換気設備	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第44条	原子炉格納施設	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第45条	保安電源設備	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第46条	緊急時対策所	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第47条	警報装置等	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第48条	準用	×	本設備は、設計基準対象施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第49条	重大事故等対処施設の地盤	△	本設備は、重大事故等対処施設であることから、適用条文となるが、既工事計画において適合性が確認されており、本手続きにおいて既工事計画から要目表の記載の変更をするもの、設置地盤を変更するもしくは影響を与えるものではなく、重大事故等対処施設の地盤に係る設計は本手続きに関係しないため、審査対象条文とはならない。	—
第50条	地震による損傷の防止	○	本設備は、重大事故等対処施設であり、基準地震動による地震力に対して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が損なわれるおそれがないことの確認が必要であり、本条文に適合していることの確認が必要であるため、審査対象条文となる。基準地震動による地震力に対して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が損なわれるおそれがない設計であることを、右記の申請書類で確認し、本条文に適合していると判断した。	・耐震性に関する説明書
第51条	津波による損傷の防止	△	本設備は、重大事故等対処施設であることから、適用条文となるが、津波による損傷の防止については、既工事計画において適合性が確認されており、本手続きにおいて既工事計画から要目表の記載の変更をするもの、設置場所の変更や津波防護施設の変更を行うものではなく、津波による損傷の防止に係る設計は本手続きに関係しないため、審査対象条文とならない。	—

設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理結果(高圧代替注水系 主配管)

【凡例】○：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

△：適用条文であるが、既に適合性が確認されている条文

×：適用を受けない条文

技術基準条文		適用要否判断	理 由	適合性を確認するための申請書類
第52条	火災による損傷の防止	△	本設備は、重大事故等対処施設であることから、適用条文となるが、火災による損傷の防止については、既工事計画において適合性が確認されており、本手続きにおいて既工事計画から要目表の記載の変更をするもの、設置場所の変更や不燃材料を使用する設計の変更を行うものではなく、火災による損傷の防止に係る設計は本手続きに関係しないため、審査対象条文とならない。	—
第53条	特定重大事故等対処施設	×	本設備は、特定重大事故等対処施設に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第54条	重大事故等対処設備	○	本設備は、重大事故等対処設備であり、重大事故等対処設備に必要な機能が発揮できることを確認する必要があるため、審査対象条文となる。必要な機能を発揮することを、右記の申請書類で確認し、本条文に適合していると判断した。	<ul style="list-style-type: none"> ・設定根拠に関する説明書 ・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 ・耐震性に関する説明書 ・強度に関する説明書
第55条	材料及び構造	○	本設備は、重大事故等クラス2機器として必要な機械的強度等を有していることの確認が必要であるため、審査対象条文となる。重大事故等クラス2機器として必要な機械的強度等を有していることを、右記の申請書類で確認し、本条文に適合していると判断した。	<ul style="list-style-type: none"> ・強度に関する説明書
第56条	使用中の亀裂等による破壊の防止	△	本設備は、重大事故等クラス2機器であり適用条文となるが、使用中の亀裂等による破壊の防止については、維持段階での要求であるため、設計段階においては審査対象条文とならない。	—
第57条	安全弁等	×	本設備は、安全弁等に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第58条	耐圧試験等	△	本設備は、重大事故等クラス2機器であり適用条文となるが、耐圧試験等については、検査段階での要求であり、設計段階において審査対象条文とならない。	—
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	×	本設備は、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に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	○	本設備は、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に該当するため、審査対象条文となる。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求められる機能を有することを、右記の申請書類で確認し、本条文に適合していると判断した。	<ul style="list-style-type: none"> ・基本設計方針 ・設定根拠に関する説明書 ・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 ・強度に関する説明書
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	×	本設備は、原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	×	本設備は、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に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第63条	最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備	×	本設備は、最終ヒートシンクへ熱を輸送するための設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第64条	原子炉格納容器内の冷却等のための設備	×	本設備は、原子炉格納容器内の冷却等のための設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—

設計及び工事の計画の変更認可申請における技術基準規則の整理結果(高圧代替注水系 主配管)

【凡例】○：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

△：適用条文であるが、既に適合性が確認されている条文

×：適用を受けない条文

技術基準条文		適用可否判断	理 由	適合性を確認するための申請書類
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	×	本設備は、原子炉格納容器の過圧破損を防止するための設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	○	本設備は、原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための設備に該当するため、審査対象条文となる。原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための設備として求められる機能を有することを、右記の申請書類で確認し、本条文に適合していると判断した。	<ul style="list-style-type: none"> ・基本設計方針 ・設定根拠に関する説明書 ・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 ・強度に関する説明書
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	×	本設備は、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に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	×	本設備は、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に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第69条	使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備	×	本設備は、使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
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	×	本設備は、工場等外への放射性物質の拡散を抑制するための設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第71条	重大事故等時に必要となる水源及び水の供給設備	×	本設備は、重大事故等の収束に必要な水の供給設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第72条	電源設備	×	本設備は、電源設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第73条	計装設備	×	本設備は、計装設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第74条	運転員が原子炉制御室にとどまるための設備	×	本設備は、運転員が原子炉制御室にとどまるための設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第75条	監視測定設備	×	本設備は、監視測定設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第76条	緊急時対策所	×	本設備は、緊急時対策所に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第77条	通信連絡を行うために必要な設備	×	本設備は、通信連絡を行うために必要な設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—
第78条	準用	×	本設備は、ガスタービン、内燃機関又は電気設備に該当しないことから、適用条文とはならない。	—

設計及び工事の計画の変更認可申請書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（原子炉冷却材浄化系 主配管）

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
各発電用原子炉施設に共通			
1	送電関係一覧図	×	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により、送電関係一覧図に変更を生じないため不要。
2	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(急傾斜地の崩壊による災害の防止に関する法律第二条第一項に規定するものをいう。以下同じ。)の崩壊の防止措置に関する説明書	×	女川原子力発電所において、急傾斜地崩壊危険区域に指定された箇所はないため不要。
3	工場又は事業所の概要を明示した地形図	×	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により、工場又は事業所の概要を明示した地形図に変更を生じないため不要。
4	主要設備の配置の状況を明示した平面図及び断面図	×	主要設備の配置の状況を明示した平面図及び断面図において、主配管は明示していないため不要。
5	単線結線図(接地線(計器用変成器を除く。))については電線の種類、太さ及び接地の種類も併せて記載すること。)	×	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により、単線結線図に変更を生じないため不要。
6	新技術の内容を十分に説明した書類	×	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により、新技術の採用等は実施していないため不要。
7	発電用原子炉施設の熱精算図	×	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により、発電用原子炉施設の熱精算図に変更を生じないため不要。
8	熱出力計算書	×	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により、熱出力計算書に変更を生じないため不要。
9	発電用原子炉の設置の許可との整合性に関する説明書	○	工事計画認可申請書の工事計画の内容が、令和2年2月26日付け原規発第2002261号で許可された設置変更許可申請書との整合性を確認する必要があることから添付する。
10	排気中及び排水中の放射性物質の濃度に関する説明書	×	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により、排気中及び排水中の放射性物質の濃度に変更を生じないため不要。

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
11	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	×	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により,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変更を生じないため不要。
12	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	×	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更は,自然現象等による損傷防止対策に影響を与えるものでないため不要。
13	放射性物質により汚染するおそれがある管理区域(第二条第二項第四号に規定する管理区域のうち,その場所における外部放射線に係る線量のみが同号の規定に基づき告示する線量を超えるおそれがある場所を除いた場所をいう。)並びにその地下に施設する排水路並びに当該排水路に施設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	×	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により,放射性物質により汚染するおそれがある管理区域並びにその地下に施設する排水路並びに当該排水路に施設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に変更を生じないため不要。
14	取水口及び放水口に関する説明書	×	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により,取水口及び放水口に変更を生じないため不要。
15	設備別記載事項のうち,容量又は注入速度,最高使用圧力,最高使用温度,個数,再結合効率,加熱面積,伝熱面積,揚程又は吐出圧力,原動機の出力,外径,閉止時間,漏えい率,制限流量,落下速度,駆動速度及び挿入時間,効率,吹出圧力,慣性定数,回転速度半減時間,慣性モーメント,設定破裂圧力並びに設計温度の設定根拠に関する説明書	○	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により,設定根拠に関する説明書にて説明が必要な設備別記載事項を確認する必要があることから添付する。
16	環境測定装置(放射線管理用計測装置に係るものを除く。)の構造図及び取付箇所を明示した図面	×	原子炉冷却材浄化系 主配管は,環境測定装置(放射線管理用計測装置に係るものを除く。)に該当する設備ではないため不要。

<p>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</p>	<p>添付の要否 (○・×)</p>	<p>理由</p>
<p>17 クラス 1 機器(技術基準規則第二条第二項第三十三号口に規定するクラス 1 機器をいう。)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 機器にあつては, 支持構造物を含めて記載すること。)</p>	<p>×</p>	<p>原子炉冷却材浄化系 主配管は, クラス 1 機器及び炉心支持構造物に該当する設備ではないため不要。</p>
<p>18 安全設備(技術基準規則第二条第二項第九号に規定する安全設備をいう。)及び重大事故等対処設備(設置許可基準規則第二条第二項第十四号に規定する重大事故等対処設備をいう。)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>○</p>	<p>原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更は, 使用される条件の下における健全性に対して影響を与えるものでないが, 安全設備及び重大事故等対処設備に該当することから添付する。</p>
<p>19 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書</p>	<p>×</p>	<p>原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により, 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書に変更を生じないため不要。</p>
<p>20 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書</p>	<p>×</p>	<p>原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により, 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書に変更を生じないため不要。</p>
<p>21 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</p>	<p>×</p>	<p>原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により, 蒸気タービン, ポンプ等の破壊に伴う飛散物による損傷防護に変更を生じないため不要。</p>
<p>22 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</p>	<p>×</p>	<p>原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により, 通信連絡設備に変更は生じないため不要。</p>
<p>23 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</p>	<p>×</p>	<p>原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により, 安全避難通路に変更は生じないため不要。</p>
<p>24 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</p>	<p>×</p>	<p>原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により, 非常用照明に変更は生じないため不要。</p>

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
原子炉冷却系統施設			
1	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	○	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により, 機器の配置及び系統図に変更内容を確認する必要があることから添付する。
2	蒸気タービンの給水処理系統図	×	原子炉冷却材浄化系 主配管は蒸気タービンの給水処理系統に該当しないため不要。
3	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。)	○	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により, 配管仕様が変更となることから, 耐震重要度クラスに応じた地震力に耐えられる設計であることを評価するため添付する。 なお, 「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」及び「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」は耐震評価上, 復水給水系の解析モデルに含まれることから復水給水系の耐震性に関する説明書(耐震計算書) も添付する。
4	強度に関する説明書(支持構造物を含めて記載すること。)	○	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更により, 配管仕様が変更となることから, クラス2機器としての構造強度評価を実施するため添付する。 なお, 「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」及び「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」は応力評価上, 復水給水系の解析モデルに含まれることから復水給水系の強度に関する説明書(応力計算書) も添付する。
5	構造図	×	構造図において, 主配管は明示していないため不要。
6	原子炉格納容器内の原子炉冷却材又は一次冷却材の漏えいを監視する装置の構成に関する説明書, 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	×	原子炉冷却材浄化系 主配管は, 原子炉格納容器内の原子炉冷却材又は一次冷却材の漏えいを監視する装置に該当しないため不要。
7	蒸気発生器及び蒸気タービン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	×	原子炉冷却材浄化系 主配管は, 蒸気タービンの基礎に該当しないため不要。

8	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	×	原子炉冷却材浄化系 主配管は、流力振動評価が必要な配管内円柱状構造物に該当しないため不要。
9	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	×	原子炉冷却材浄化系 主配管は非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備のポンプに該当しないため不要。
10	蒸気タービンの制御方法に関する説明書	×	原子炉冷却材浄化系 主配管は蒸気タービンに該当しないため不要。
11	蒸気タービンの振動管理に関する説明書	×	原子炉冷却材浄化系 主配管は蒸気タービンに該当しないため不要。
12	蒸気タービンの冷却水の種類及び冷却水として海水を使用しない場合は、可能取水量を記載した書類	×	原子炉冷却材浄化系 主配管は蒸気タービンに該当しないため不要。
13	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。）	×	原子炉冷却材浄化系 主配管は、安全弁及び逃がし弁に該当しないため不要。
14	設計及び工事に係る品質マネジメントシステムに関する説明書	○	原子炉冷却材浄化系 主配管の要目表の記載の変更における設計及び工事に係る品質管理の方法等を評価する必要があるため、説明書を添付する。

設計及び工事の計画の変更認可申請書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（高圧代替注水系 主配管）

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
各発電用原子炉施設に共通			
1	送電関係一覧図	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 送電関係一覧図に変更を生じないため不要。
2	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(急傾斜地の崩壊による災害の防止に関する法律第二条第一項に規定するものをいう。以下同じ。)の崩壊の防止措置に関する説明書	×	女川原子力発電所において, 急傾斜地崩壊危険区域に指定された箇所はないため不要。
3	工場又は事業所の概要を明示した地形図	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 工場又は事業所の概要を明示した地形図に変更を生じないため不要。
4	主要設備の配置の状況を明示した平面図及び断面図	×	主要設備の配置の状況を明示した平面図及び断面図において, 主配管は明示していないため不要。
5	単線結線図(接地線(計器用変成器を除く。))については電線の種類, 太さ及び接地の種類も併せて記載すること。)	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 単線結線図に変更を生じないため不要。
6	新技術の内容を十分に説明した書類	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 新技術の採用等は実施していないため不要。
7	発電用原子炉施設の熱精算図	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 発電用原子炉施設の熱精算図に変更を生じないため不要。
8	熱出力計算書	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 熱出力計算書に変更を生じないため不要。
9	発電用原子炉の設置の許可との整合性に関する説明書	○	工事計画認可申請書の工事計画の内容が, 令和2年2月26日付け原規規発第2002261号で許可された設置変更許可申請書との整合性を確認する必要があることから添付する。
10	排気中及び排水中の放射性物質の濃度に関する説明書	×	要目表の記載の変更により, 排気中及び排水中の放射性物質の濃度に変更を生じないため不要。

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
11	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	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により,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変更を生じないため不要。
12	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	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更は,自然現象等による損傷防止対策に影響を与えるものでないため不要。
13	放射性物質により汚染するおそれがある管理区域(第二条第二項第四号に規定する管理区域のうち,その場所における外部放射線に係る線量のみが同号の規定に基づき告示する線量を超えるおそれがある場所を除いた場所をいう。)並びにその地下に施設する排水路並びに当該排水路に施設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	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により,放射性物質により汚染するおそれがある管理区域並びにその地下に施設する排水路並びに当該排水路に施設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に変更を生じないため不要。
14	取水口及び放水口に関する説明書	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により,取水口及び放水口に変更を生じないため不要。
15	設備別記載事項のうち,容量又は注入速度,最高使用圧力,最高使用温度,個数,再結合効率,加熱面積,伝熱面積,揚程又は吐出圧力,原動機の出力,外径,閉止時間,漏えい率,制限流量,落下速度,駆動速度及び挿入時間,効率,吹出圧力,慣性定数,回転速度半減時間,慣性モーメント,設定破裂圧力並びに設計温度の設定根拠に関する説明書	○	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により,設定根拠に関する説明書にて説明が必要な設備別記載事項を確認する必要があることから添付する。
16	環境測定装置(放射線管理用計測装置に係るものを除く。)の構造図及び取付箇所を明示した図面	×	高圧代替注水系 主配管は,環境測定装置(放射線管理用計測装置に係るものを除く。)に該当する設備ではないため不要。
17	クラス1機器(技術基準規則第二条第二項第三十三号に規定するクラス1機器をいう。)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機器にあつては,支持構造物を含めて記載すること。)	×	高圧代替注水系 主配管は,クラス1機器及び炉心支持構造物に該当する設備ではないため不要。

	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
18	安全設備(技術基準規則第二条第二項第九号に規定する安全設備をいう。)及び重大事故等対処設備(設置許可基準規則第二条第二項第十四号に規定する重大事故等対処設備をいう。)が使用される条件の下における健全性に関する説明書	○	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更は, 使用される条件の下における健全性に対して影響を与えるものでないが, 安全設備及び重大事故等対処設備に該当することから添付する。
19	発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 発電用原子炉施設の火災防護に関する説明書に変更を生じないため不要。
20	発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 発電用原子炉施設の溢水防護に関する説明書に変更を生じないため不要。
21	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	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 蒸気タービン, ポンプ等の破壊に伴う飛散物による損傷防護に変更を生じないため不要。
22	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	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 通信連絡設備に変更は生じないため不要。
23	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	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 安全避難通路に変更は生じないため不要。
24	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	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 非常用照明に変更は生じないため不要。

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
原子炉冷却系統施設			
1	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	○	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により、機器の配置及び系統図に変更内容を確認する必要があることから添付する。
2	蒸気タービンの給水処理系統図	×	高圧代替注水系 主配管は蒸気タービンの給水処理系統に該当しないため不要。
3	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。）	○	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により、配管仕様が変更となることから、耐震重要度クラスに応じた地震力に耐えられる設計であることを評価するため添付する。 なお、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」は耐震評価上、復水給水系の解析モデルに含まれることから復水給水系の耐震性に関する説明書（耐震計算書）も添付する。
4	強度に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）	○	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により、配管仕様が変更となることから、重大事故等クラス 2 機器としての構造強度評価を実施するため添付する。 なお、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」は応力評価上、復水給水系の解析モデルに含まれることから復水給水系の強度に関する説明書（応力計算書）も添付する。
5	構造図	×	構造図において、主配管は明示していないため不要。
6	原子炉格納容器内の原子炉冷却材又は一次冷却材の漏えいを監視する装置の構成に関する説明書、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	×	高圧代替注水系 主配管は、原子炉格納容器内の原子炉冷却材又は一次冷却材の漏えいを監視する装置に該当しないため不要。
7	蒸気発生器及び蒸気タービン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	×	高圧代替注水系 主配管は、蒸気タービンの基礎に該当しないため不要。
8	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	×	高圧代替注水系 主配管は、流力振動評価が必要な配管内円柱状構造物に該当しないため不要。
9	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	×	高圧代替注水系 主配管は非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備のポンプに該当しないため不要。

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
原子炉冷却系統施設			
10	蒸気タービンの制御方法に関する説明書	×	高圧代替注水系 主配管は蒸気タービンに該当しないため不要。
11	蒸気タービンの振動管理に関する説明書	×	高圧代替注水系 主配管は蒸気タービンに該当しないため不要。
12	蒸気タービンの冷却水の種類及び冷却水として海水を使用しない場合は、可能取水量を記載した書類	×	高圧代替注水系 主配管は蒸気タービンに該当しないため不要。
13	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。）	×	高圧代替注水系 主配管は、安全弁及び逃がし弁に該当しないため不要。
14	設計及び工事に係る品質マネジメントシステムに関する説明書	○	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更における設計及び工事に係る品質管理の方法等を評価する必要があるため、説明書を添付する。

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
原子炉格納施設			
1	原子炉格納施設に係る機器の配置を明示した図面及び系統図	○	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により、機器の配置を明示した図面を変更する必要があることから添付する。
2	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。）	○	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により、配管仕様が変更となることから耐震性への影響を確認する必要があるため添付する。 なお、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」は耐震評価上、復水給水系の解析モデルに含まれることから復水給水系の耐震計算書も添付する。
3	強度に関する説明書（支持構造物を含めて記載すること。）	○	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により、配管仕様が変更となることから構造強度への影響を確認する必要があるため添付する。 なお、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」は応力評価上、復水給水系の解析モデルに含まれることから復水給水系の応力計算書も添付する。
4	構造図	×	構造図において主配管は明示していないため不要。
5	原子炉格納施設的设计条件に関する説明書（原子炉格納容器本体の脆性破壊防止に関する説明を併せて記載すること。）	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により、原子炉格納施設的设计条件に変更はないため不要。
6	原子炉格納施設の水素濃度低減性能に関する説明書	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により、水素濃度低減性能に変更はないため不要。
7	原子炉格納施設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	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により、原子炉格納施設の基礎に変更はないため不要。
8	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	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により、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変更はないため不要。
9	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。）	×	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により、安全弁及び逃がし弁の吹出量計算に変更はないため不要。

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
10	設計及び工事に係る品質マネジメントシステムに関する説明書	○	高圧代替注水系 主配管の要目表の記載の変更により, 設計及び工事に係る品質管理の方法等を評価する必要があるため, 説明書を添付する。

設計及び工事の計画の変更認可申請書に添付する添付書類の変更有無について
 (原子炉冷却材浄化系 主配管)

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由	
各発電用原子炉施設に共通					
1	発電用原子炉の設置 の許可との整合性に 関する説明書	—	<ul style="list-style-type: none"> • VI-1-1-1-1 発電用原子炉設置変更許可申請書「本文（五号）」との 整合性 	無	<p>原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載事項は、本説明書記載事項（許可の際の申請書等の記載事項）に当たらないため、既認可の設計及び工事の計画に添付した説明書から変更はない。</p> <p>なお、当該設備に係る基本設計方針の変更もないことから、許可との整合性についても変更はない。</p>
			<ul style="list-style-type: none"> • VI-1-1-1-2 発電用原子炉設置変更許可申請書「本文（十一号）」との 整合性 	無	<p>原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載事項は、本説明書記載事項（許可の際の申請書等の記載事項）に当たらないため、既認可の設計及び工事の計画に添付した説明書から変更はない。</p> <p>なお、設計及び工事に係る品質マネジメントシステムの変更もないことから、許可との整合性についても変更はない。</p>

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由
各発電用原子炉施設に共通				
2	設備別記載事項のうち、容量又は注入速度、最高使用圧力、最高使用温度、個数、再結合効率、加熱面積、伝熱面積、揚程又は吐出圧力、原動機の出力、外径、閉止時間、漏えい率、制限流量、落下速度、駆動速度及び挿入時間、効率、吹出圧力、慣性定数、回転速度半減時間、慣性モーメント、設定破裂圧力並びに設計温度の設定根拠に関する説明書	33 条 ・ VI-1-1-4-3-7-1-1 設定根拠に関する説明書（原子炉冷却材浄化系 主配管）	有	原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更により、「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」について、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことに伴い、当該エルボの設定根拠を追加する必要があることから、本説明書を変更する。 （別紙 1 参照）

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由
各発電用原子炉施設に共通				
3	安全設備（技術基準規則第二条第二項第九号に規定する安全設備をいう。）及び重大事故等対処設備（設置許可基準規則第二条第二項第十四号に規定する重大事故等対処設備をいう。）が使用される条件の下における健全性に関する説明書	14条 15条 ・VI-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	無	原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の変更であり、基本設計方針を変更するものではなく、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に影響を与えるものではないことから、既認可の設計及び工事の計画に添付した説明書から変更はない。 なお、要目表に記載する機器等が通常運転時、設計基準事故時、重大事故等時等に機能を要求される状況で所要の機能が発揮できる設計であることを確認している。

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由	
原子炉冷却系統施設					
1	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	14 条 15 条 33 条	<ul style="list-style-type: none"> ・ 第 4-7-1-2-1 図 原子炉冷却材浄化系主配管の配置を明示した図面（その 1） ・ 第 4-7-1-2-2 図 原子炉冷却材浄化系主配管の配置を明示した図面（その 2） ・ 第 4-7-1-2-1～2 図 原子炉冷却材浄化系 主配管の配置を明示した図面別紙 ・ 第 4-7-1-3-1 図 【設計基準対象施設】原子炉冷却材浄化系系統図（原子 炉冷却材浄化系その 1） 	有	原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更により、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことに伴い、当該エルボの配置等を追加する必要があることから、本図面を変更する。 (別紙 2 参照)
2	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。）	5 条	<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-2-5-8-1-1 管の耐震性についての計算書（原子炉冷却材浄化系） ・ VI-2-5-3-2-1 管の耐震性についての計算書（復水給水系） 	無	原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、要目表の記載を変更した「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」及び「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」は耐震評価上、復水給水系の解析モデルに含まれるため、本計算書に変更はない。
				無	原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、設計基準対象施設としての評価について、既認可の設計及び工事の計画に添付した計算書よりエルボ材であることを反映していたため、今回の変更認可申請において計算書の解析モデル（鳥瞰図）の変更はないことから、計算書に変更はない。 (別紙 3 参照)

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由
原子炉冷却系統施設				
3	強度に関する説明書 (支持構造物を含めて記載すること。)	17 条	<ul style="list-style-type: none"> <li data-bbox="636 344 1397 639">・ VI-3-3-3-7-1-1-2 管の応力計算書 (原子炉冷却材浄化系) <li data-bbox="636 639 1397 943">・ VI-3-3-3-2-2-1-2 管の応力計算書 (復水給水系) <li data-bbox="636 943 1397 1243">・ VI-3-3-3-7-1-1-1 管の基本板厚計算書 (原子炉冷却材浄化系) 	<ul style="list-style-type: none"> <li data-bbox="1411 344 2074 639">無 原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、要目表の記載を変更した「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」及び「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」は応力評価上、復水給水系の解析モデルに含まれるため、本計算書に変更はない。 <li data-bbox="1411 639 2074 943">有 原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更により、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことに伴い、設計基準対象施設としての評価について、当該エルボを評価対象として記載する必要があることから、本計算書を変更する。 (別紙 3, 4 参照) <li data-bbox="1411 943 2074 1243">有 原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更により、「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」について、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことに伴い、当該エルボを評価対象として記載する必要があることから、本計算書を変更する。 (別紙 5 参照)

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由
原子炉冷却系統施設				
4	設計及び工事に係る 品質マネジメントシ ステムに関する説明 書	<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-1-10-1 設計及び工事に係る品質マネジメントシステムに関する説明書 	無	原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、設計に係る品質管理の方法により行った管理の実績又は行おうとしている管理の計画並びに工事及び検査に係る品質管理の方法、組織等についての具体的な計画に変更はないことから、既認可の設計及び工事の計画に添付した説明書から変更はない。
		<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-1-10-4 本設工認に係る設計の実績、工事及び検査の計画 原子炉冷却系統施設 	有	原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更により、「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」について、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことに伴い、設計に係るプロセスの実績、工事及び検査に係るプロセスの計画の記載を見直す必要があることから、本説明書を変更する。 (別紙6参照)

設計及び工事の計画の変更認可申請書に添付する添付書類の変更有無について
(高圧代替注水系 主配管)

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由	
各発電用原子炉施設に共通					
1	発電用原子炉の設置 の許可との整合性に 関する説明書	—	<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-1-1-1-1 発電用原子炉設置変更許可申請書「本文（五号）」との 整合性 	無	<p>高圧代替注水系主配管の要目表の記載事項は、本説明書記載事項（許可の際の申請書等の記載事項）に当たらないため、既認可の設計及び工事の計画に添付した説明書から変更はない。</p> <p>なお、当該設備に係る基本設計方針の変更もないことから、許可との整合性についても変更はない。</p>
			<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-1-1-1-2 発電用原子炉設置変更許可申請書「本文（十一号）」との 整合性 	無	<p>高圧代替注水系主配管の要目表の記載事項は、本説明書記載事項（許可の際の申請書等の記載事項）に当たらないため、既認可の設計及び工事の計画に添付した説明書から変更はない。</p> <p>なお、設計及び工事に係る品質マネジメントシステムの変更もないことから、許可との整合性についても変更はない。</p>

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由
各発電用原子炉施設に共通				
2	設備別記載事項のうち、容量又は注入速度、最高使用圧力、最高使用温度、個数、再結合効率、加熱面積、伝熱面積、揚程又は吐出圧力、原動機の出力、外径、閉止時間、漏えい率、制限流量、落下速度、駆動速度及び挿入時間、効率、吹出圧力、慣性定数、回転速度半減時間、慣性モーメント、設定破裂圧力並びに設計温度の設定根拠に関する説明書	54 条 60 条 66 条 ・ VI-1-1-4-3-7-1-1 設定根拠に関する説明書（原子炉冷却材浄化系 主配管）	無	高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」については既認可の設計及び工事の計画に添付した説明書に既に設定根拠を記載していたことから、本説明書の変更はない。 （別紙 1 参照）

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由
各発電用原子炉施設に共通				
3	安全設備（技術基準規則第二条第二項第九号に規定する安全設備をいう。）及び重大事故等対処設備（設置許可基準規則第二条第二項第十四号に規定する重大事故等対処設備をいう。）が使用される条件の下における健全性に関する説明書	54 条 60 条 66 条 ・ VI-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	無	高压代替注水系主配管の要目表の変更であり、基本設計方針を変更するものではなく、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に影響を与えるものではないことから、既認可の設計及び工事の計画に添付した説明書から変更はない。 なお、要目表に記載する機器等が通常運転時、設計基準事故時、重大事故等時等に機能を要求される状況で所要の機能が発揮できる設計であることを確認している。

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		関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由
原子炉冷却系統施設					
1	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	50 条 54 条 60 条	<ul style="list-style-type: none"> ・第 4-7-1-2-1 図 原子炉冷却材浄化系主配管の配置を明示した図面（その 1） ・第 4-7-1-2-2 図 原子炉冷却材浄化系主配管の配置を明示した図面（その 2） ・第 4-7-1-2-1～2 図 原子炉冷却材浄化系 主配管の配置を明示した図面別紙 ・第 4-7-1-3-1 図 【設計基準対象施設】原子炉冷却材浄化系系統図（原子 炉冷却材浄化系その 1） 	有	<p>高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更により、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」について、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことに伴い、当該エルボの「工事計画記載の公称値の許容範囲」を追加する必要があることから、本図面を変更する。 (別紙 2 参照)</p>
2	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。）	50 条 54 条	<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-2-5-8-1-1 管の耐震性についての計算書（原子炉冷却材浄化系） 	無	<p>高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、要目表の記載を変更した「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」は耐震評価上、復水給水系の解析モデルに含まれるため、本計算書に変更はない。</p>
			<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-2-5-3-2-1 管の耐震性についての計算書（復水給水系） 	無	<p>高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、重大事故等対処設備としての評価について、既認可の設計及び工事の計画に添付した計算書よりエルボ材であることを反映していたため、今回の変更認可申請において計算書の解析モデル（鳥瞰図）の変更はないことから、計算書に変更はない。 (別紙 3 参照)</p>

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由
原子炉冷却系統施設				
3	強度に関する説明書 (支持構造物を含め て記載すること。)	<ul style="list-style-type: none"> • VI-3-3-3-7-1-1-2 管の応力計算書 (原子炉冷却材浄化系) 	無	<p>高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、要目表の記載を変更した「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」は耐震評価上、復水給水系の解析モデルに含まれるため、本計算書に変更はない。</p>
		<ul style="list-style-type: none"> • VI-3-3-3-2-2-1-2 管の応力計算書 (復水給水系) 	無	<p>高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、重大事故等対処設備としての評価について、既認可の設計及び工事の計画に添付した計算書よりエルボ材であることを反映していたため、今回の変更認可申請において計算書の解析モデル (鳥瞰図) の変更はないことから、計算書に変更はない。 (別紙 3, 4 参照)</p>
		<ul style="list-style-type: none"> • VI-3-3-3-7-1-1-1 管の基本板厚計算書 (原子炉冷却材浄化系) 	無	<p>高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」については既認可の設計及び工事の計画に添付した計算書で評価していたことから、本計算書の変更はない。 (別紙 5 参照)</p>

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由	
原子炉冷却系統施設					
4	設計及び工事に係る 品質マネジメントシ ステムに関する説明 書	—	<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-1-10-1 設計及び工事に係る品質マネジメントシステムに関する説明書 	無	高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更により、設計に係る品質管理の方法により行った管理の実績又は行おうとしている管理の計画並びに工事及び検査に係る品質管理の方法、組織等についての具体的な計画に変更はないことから、既認可の設計及び工事の計画に添付した説明書から変更はない。
			<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-1-10-4 本設工認に係る設計の実績、工事及び検査の計画 原子炉冷却系統施設 	無	高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更により、設計に係るプロセスの実績、工事及び検査に係るプロセスの計画の記載に変更はないことから、既認可の設計及び工事の計画に添付した本説明書から変更はない。

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		関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由
原子炉格納施設					
1	原子炉格納施設に係 る機器の配置を明示 した図面及び系統図	50 条 54 条 66 条	<ul style="list-style-type: none"> ・ 第 4-7-1-2-1 図 原子炉冷却材浄化系主配管の配置を明示した図面（その 1） ・ 第 4-7-1-2-2 図 原子炉冷却材浄化系主配管の配置を明示した図面（その 2） ・ 第 4-7-1-2-1～2 図 原子炉冷却材浄化系 主配管の配置を明示した図面別紙 ・ 第 4-7-1-3-1 図 【設計基準対象施設】原子炉冷却材浄化系系統図（原子 炉冷却材浄化系その 1） 	有	<p>高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更により、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」について、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことに伴い、当該エルボの「工事計画記載の公称値の許容範囲」を追加する必要があることから、本図面を変更する。 (別紙 2 参照)</p>
2	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。）	50 条 54 条	<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-2-5-3-2-1 管の耐震性についての計算書（復水給水系） 	無	<p>高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、重大事故等対処設備としての評価について、既認可の設計及び工事の計画に添付した計算書よりエルボ材であることを反映していたため、今回の変更認可申請において計算書の解析モデル（鳥瞰図）の変更はないことから、計算書に変更はない。 (別紙 3 参照)</p>
			<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-2-5-8-1-1 管の耐震性についての計算書（原子炉冷却材浄化系） 	無	<p>高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、要目表の記載を変更した「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」は耐震評価上、復水給水系の解析モデルに含まれるため、本計算書に変更はない。</p>

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由
原子炉格納施設				
3	強度に関する説明書 (支持構造物を含めて記載すること。)	<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-3-3-3-2-2-1-2 管の応力計算書 (復水給水系) 	無	高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、重大事故等対処設備としての評価について、既認可の設計及び工事の計画に添付した計算書よりエルボ材であることを反映していたため、今回の変更認可申請において計算書の解析モデル(鳥瞰図)の変更はないことから、計算書に変更はない。 (別紙3参照)
		<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-3-3-3-7-1-1-1 管の基本板厚計算書 (原子炉冷却材浄化系) 	無	高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」については既認可の設計及び工事の計画に添付した計算書で評価していたことから、本計算書の変更はない。 (別紙5参照)
		<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-3-3-3-7-1-1-2 管の応力計算書 (原子炉冷却材浄化系) 	無	高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更をしたものの、要目表の記載を変更した「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」は耐震評価上、復水給水系の解析モデルに含まれるため、本計算書に変更はない。

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	関連 条文	添付書類名	添付書類の 変更有無	添付書類の 変更の有無の理由	
原子炉格納施設					
4	設計及び工事に係る 品質マネジメントシ ステムに関する説明 書	—	<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-1-10-1 設計及び工事に係る品質マネジメントシステムに関する説明書 	無	高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更により、設計に係る品質管理の方法により行った管理の実績又は行おうとしている管理の計画並びに工事及び検査に係る品質管理の方法、組織等についての具体的な計画に変更はないことから、既認可の設計及び工事の計画に添付した説明書から変更はない。
			<ul style="list-style-type: none"> ・ VI-1-10-4 本設工認に係る設計の実績、工事及び検査の計画 原子炉冷却系統施設 	無	高圧代替注水系主配管の要目表の記載の変更により、設計に係るプロセスの実績、工事及び検査に係るプロセスの計画の記載に変更はないことから、既認可の設計及び工事の計画に添付した本説明書から変更はない。

女川原子力発電所第 2 号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
 (VI-1-1-4-3-7-1-1 設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却材浄化系 主配管))

変 更 前	変 更 後	備 考
<p>VI-1-1-4-3-7-1-1 設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却材浄化系 主配管)</p>	<p>VI-1-1-4-3-7-1-1 設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却材浄化系 主配管)</p>	<p>変更なし</p>

女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
 (VI-1-1-4-3-7-1-1 設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却材浄化系 主配管))

変 更 前	変 更 後	備 考																					
	<table border="1" style="margin-left: auto; margin-right: auto;"> <tr> <td style="text-align: center;">名 称</td> <td colspan="2" style="text-align: center;">G31-F022 ～ 高圧代替注水系注入配管合流点</td> </tr> <tr> <td>最高使用圧力</td> <td style="text-align: center;">MPa</td> <td style="text-align: center;">8.62</td> </tr> <tr> <td>最高使用温度</td> <td style="text-align: center;">℃</td> <td style="text-align: center;">302</td> </tr> <tr> <td>外 径</td> <td style="text-align: center;">mm</td> <td style="text-align: center;">165.2</td> </tr> <tr> <td colspan="3" style="text-align: center;">—</td> </tr> <tr> <td colspan="3"> <p>【設定根拠】 (概要) 本配管は、G31-F022 から高圧代替注水系注入配管合流点を接続する配管であり、設計基準対象施設として、原子炉冷却材を原子炉冷却材浄化系ポンプにより原子炉压力容器へ送水するために設置する。</p> <p>1. 最高使用圧力の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用圧力は、原子炉压力容器の最高使用圧力と同じ 8.62 MPa とする。</p> <p>2. 最高使用温度の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用温度は、原子炉压力容器の最高使用温度と同じ 302 ℃ とする。</p> <p>3. 外径の設定根拠 本配管の外径は、原子炉冷却材浄化系ポンプにより原子炉冷却材を送水できる配管の外径として、接続する配管「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」の外径に合わせて選定し、165.2 mm とする。</p> </td> </tr> <tr> <td colspan="3" style="text-align: center;">1</td> </tr> </table>	名 称	G31-F022 ～ 高圧代替注水系注入配管合流点		最高使用圧力	MPa	8.62	最高使用温度	℃	302	外 径	mm	165.2	—			<p>【設定根拠】 (概要) 本配管は、G31-F022 から高圧代替注水系注入配管合流点を接続する配管であり、設計基準対象施設として、原子炉冷却材を原子炉冷却材浄化系ポンプにより原子炉压力容器へ送水するために設置する。</p> <p>1. 最高使用圧力の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用圧力は、原子炉压力容器の最高使用圧力と同じ 8.62 MPa とする。</p> <p>2. 最高使用温度の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用温度は、原子炉压力容器の最高使用温度と同じ 302 ℃ とする。</p> <p>3. 外径の設定根拠 本配管の外径は、原子炉冷却材浄化系ポンプにより原子炉冷却材を送水できる配管の外径として、接続する配管「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」の外径に合わせて選定し、165.2 mm とする。</p>			1			<p>「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」の主配管の設定根拠は、変更前には含まれていなかったが、原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更により、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことで、当該エルボの設定根拠を追加する必要があることから、本ページを追加する。</p>
名 称	G31-F022 ～ 高圧代替注水系注入配管合流点																						
最高使用圧力	MPa	8.62																					
最高使用温度	℃	302																					
外 径	mm	165.2																					
—																							
<p>【設定根拠】 (概要) 本配管は、G31-F022 から高圧代替注水系注入配管合流点を接続する配管であり、設計基準対象施設として、原子炉冷却材を原子炉冷却材浄化系ポンプにより原子炉压力容器へ送水するために設置する。</p> <p>1. 最高使用圧力の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用圧力は、原子炉压力容器の最高使用圧力と同じ 8.62 MPa とする。</p> <p>2. 最高使用温度の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用温度は、原子炉压力容器の最高使用温度と同じ 302 ℃ とする。</p> <p>3. 外径の設定根拠 本配管の外径は、原子炉冷却材浄化系ポンプにより原子炉冷却材を送水できる配管の外径として、接続する配管「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」の外径に合わせて選定し、165.2 mm とする。</p>																							
1																							

O2 変 更 一 VI-1-1-4-3-7-1-1 R1

女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
 (VI-1-1-4-3-7-1-1 設定根拠に関する説明書 (原子炉冷却材浄化系 主配管))

変 更 前		変 更 後		備 考																																																						
<table border="1"> <thead> <tr> <th colspan="2">名 称</th> <th>高圧代替注水系注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>最高使用圧力</td> <td>MPa</td> <td>8.62</td> </tr> <tr> <td>最高使用温度</td> <td>℃</td> <td>302</td> </tr> <tr> <td>外 径</td> <td>mm</td> <td>165.2</td> </tr> <tr> <td colspan="3">注記*1：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）及び原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高圧代替注水系）と兼用。</td> </tr> <tr> <td colspan="3">【設定根拠】 (概要) 本配管は、高圧代替注水系注入配管合流点から原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点を接続する配管であり、設計基準対象施設としては、原子炉冷却材を原子炉冷却材浄化系ポンプにより原子炉圧力容器へ送水するために設置する。 重大事故等対処設備としては、復水貯蔵タンクを水源として、高圧代替注水系ポンプにより原子炉圧力容器に注水するために設置する。</td> </tr> <tr> <td colspan="3">1. 最高使用圧力の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用圧力は、原子炉圧力容器の最高使用圧力と同じ 8.62 MPa とする。 本配管を重大事故等時において使用する場合の圧力は、設計基準対象施設と同様の使用方法であるため、設計基準対象施設と同仕様で設計し、8.62 MPa とする。</td> </tr> <tr> <td colspan="3">2. 最高使用温度の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用温度は、原子炉圧力容器の最高使用温度と同じ 302 ℃ とする。 本配管を重大事故等時において使用する場合の温度は、高圧代替注水系タービンポンプの重大事故等時における使用温度 66 ℃ を上回る 302 ℃ とする。</td> </tr> <tr> <td colspan="3">3. 外径の設定根拠 本配管を重大事故等時において使用する場合の外径は、水源から淡水又は海水を供給するため、エロージョン、圧力損失・施工性等を考慮し、先行プラントの配管実績に基づいた標準流速を日安に選定し、165.2 mm とする。</td> </tr> </tbody> </table>		名 称		高圧代替注水系注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点	最高使用圧力	MPa	8.62	最高使用温度	℃	302	外 径	mm	165.2	注記*1：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）及び原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高圧代替注水系）と兼用。			【設定根拠】 (概要) 本配管は、高圧代替注水系注入配管合流点から原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点を接続する配管であり、設計基準対象施設としては、原子炉冷却材を原子炉冷却材浄化系ポンプにより原子炉圧力容器へ送水するために設置する。 重大事故等対処設備としては、復水貯蔵タンクを水源として、高圧代替注水系ポンプにより原子炉圧力容器に注水するために設置する。			1. 最高使用圧力の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用圧力は、原子炉圧力容器の最高使用圧力と同じ 8.62 MPa とする。 本配管を重大事故等時において使用する場合の圧力は、設計基準対象施設と同様の使用方法であるため、設計基準対象施設と同仕様で設計し、8.62 MPa とする。			2. 最高使用温度の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用温度は、原子炉圧力容器の最高使用温度と同じ 302 ℃ とする。 本配管を重大事故等時において使用する場合の温度は、高圧代替注水系タービンポンプの重大事故等時における使用温度 66 ℃ を上回る 302 ℃ とする。			3. 外径の設定根拠 本配管を重大事故等時において使用する場合の外径は、水源から淡水又は海水を供給するため、エロージョン、圧力損失・施工性等を考慮し、先行プラントの配管実績に基づいた標準流速を日安に選定し、165.2 mm とする。			<table border="1"> <thead> <tr> <th colspan="2">名 称</th> <th>高圧代替注水系注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>最高使用圧力</td> <td>MPa</td> <td>8.62</td> </tr> <tr> <td>最高使用温度</td> <td>℃</td> <td>302</td> </tr> <tr> <td>外 径</td> <td>mm</td> <td>165.2</td> </tr> <tr> <td colspan="3">注記*1：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）及び原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高圧代替注水系）と兼用。</td> </tr> <tr> <td colspan="3">【設定根拠】 (概要) 本配管は、高圧代替注水系注入配管合流点から原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点を接続する配管であり、設計基準対象施設としては、原子炉冷却材を原子炉冷却材浄化系ポンプにより原子炉圧力容器へ送水するために設置する。 重大事故等対処設備としては、復水貯蔵タンクを水源として、高圧代替注水系ポンプにより原子炉圧力容器に注水するために設置する。</td> </tr> <tr> <td colspan="3">1. 最高使用圧力の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用圧力は、原子炉圧力容器の最高使用圧力と同じ 8.62 MPa とする。 本配管を重大事故等時において使用する場合の圧力は、設計基準対象施設と同様の使用方法であるため、設計基準対象施設と同仕様で設計し、8.62 MPa とする。</td> </tr> <tr> <td colspan="3">2. 最高使用温度の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用温度は、原子炉圧力容器の最高使用温度と同じ 302 ℃ とする。 本配管を重大事故等時において使用する場合の温度は、高圧代替注水系タービンポンプの重大事故等時における使用温度 66 ℃ を上回る 302 ℃ とする。</td> </tr> <tr> <td colspan="3">3. 外径の設定根拠 本配管を重大事故等時において使用する場合の外径は、水源から淡水又は海水を供給するため、エロージョン、圧力損失・施工性等を考慮し、先行プラントの配管実績に基づいた標準流速を日安に選定し、165.2 mm とする。</td> </tr> </tbody> </table>		名 称		高圧代替注水系注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点	最高使用圧力	MPa	8.62	最高使用温度	℃	302	外 径	mm	165.2	注記*1：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）及び原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高圧代替注水系）と兼用。			【設定根拠】 (概要) 本配管は、高圧代替注水系注入配管合流点から原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点を接続する配管であり、設計基準対象施設としては、原子炉冷却材を原子炉冷却材浄化系ポンプにより原子炉圧力容器へ送水するために設置する。 重大事故等対処設備としては、復水貯蔵タンクを水源として、高圧代替注水系ポンプにより原子炉圧力容器に注水するために設置する。			1. 最高使用圧力の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用圧力は、原子炉圧力容器の最高使用圧力と同じ 8.62 MPa とする。 本配管を重大事故等時において使用する場合の圧力は、設計基準対象施設と同様の使用方法であるため、設計基準対象施設と同仕様で設計し、8.62 MPa とする。			2. 最高使用温度の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用温度は、原子炉圧力容器の最高使用温度と同じ 302 ℃ とする。 本配管を重大事故等時において使用する場合の温度は、高圧代替注水系タービンポンプの重大事故等時における使用温度 66 ℃ を上回る 302 ℃ とする。			3. 外径の設定根拠 本配管を重大事故等時において使用する場合の外径は、水源から淡水又は海水を供給するため、エロージョン、圧力損失・施工性等を考慮し、先行プラントの配管実績に基づいた標準流速を日安に選定し、165.2 mm とする。			変更なし (「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」については、既認可の設計及び工事の計画に添付した説明書に既に記載していたことから、記載内容の変更はない。)
名 称		高圧代替注水系注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点																																																								
最高使用圧力	MPa	8.62																																																								
最高使用温度	℃	302																																																								
外 径	mm	165.2																																																								
注記*1：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）及び原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高圧代替注水系）と兼用。																																																										
【設定根拠】 (概要) 本配管は、高圧代替注水系注入配管合流点から原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点を接続する配管であり、設計基準対象施設としては、原子炉冷却材を原子炉冷却材浄化系ポンプにより原子炉圧力容器へ送水するために設置する。 重大事故等対処設備としては、復水貯蔵タンクを水源として、高圧代替注水系ポンプにより原子炉圧力容器に注水するために設置する。																																																										
1. 最高使用圧力の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用圧力は、原子炉圧力容器の最高使用圧力と同じ 8.62 MPa とする。 本配管を重大事故等時において使用する場合の圧力は、設計基準対象施設と同様の使用方法であるため、設計基準対象施設と同仕様で設計し、8.62 MPa とする。																																																										
2. 最高使用温度の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用温度は、原子炉圧力容器の最高使用温度と同じ 302 ℃ とする。 本配管を重大事故等時において使用する場合の温度は、高圧代替注水系タービンポンプの重大事故等時における使用温度 66 ℃ を上回る 302 ℃ とする。																																																										
3. 外径の設定根拠 本配管を重大事故等時において使用する場合の外径は、水源から淡水又は海水を供給するため、エロージョン、圧力損失・施工性等を考慮し、先行プラントの配管実績に基づいた標準流速を日安に選定し、165.2 mm とする。																																																										
名 称		高圧代替注水系注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点																																																								
最高使用圧力	MPa	8.62																																																								
最高使用温度	℃	302																																																								
外 径	mm	165.2																																																								
注記*1：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）及び原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高圧代替注水系）と兼用。																																																										
【設定根拠】 (概要) 本配管は、高圧代替注水系注入配管合流点から原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点を接続する配管であり、設計基準対象施設としては、原子炉冷却材を原子炉冷却材浄化系ポンプにより原子炉圧力容器へ送水するために設置する。 重大事故等対処設備としては、復水貯蔵タンクを水源として、高圧代替注水系ポンプにより原子炉圧力容器に注水するために設置する。																																																										
1. 最高使用圧力の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用圧力は、原子炉圧力容器の最高使用圧力と同じ 8.62 MPa とする。 本配管を重大事故等時において使用する場合の圧力は、設計基準対象施設と同様の使用方法であるため、設計基準対象施設と同仕様で設計し、8.62 MPa とする。																																																										
2. 最高使用温度の設定根拠 設計基準対象施設として使用する本配管の最高使用温度は、原子炉圧力容器の最高使用温度と同じ 302 ℃ とする。 本配管を重大事故等時において使用する場合の温度は、高圧代替注水系タービンポンプの重大事故等時における使用温度 66 ℃ を上回る 302 ℃ とする。																																																										
3. 外径の設定根拠 本配管を重大事故等時において使用する場合の外径は、水源から淡水又は海水を供給するため、エロージョン、圧力損失・施工性等を考慮し、先行プラントの配管実績に基づいた標準流速を日安に選定し、165.2 mm とする。																																																										

O2 ⑥ VI-1-1-4-3-7-1-1 R1

O2 表二 案二 VI-1-1-4-3-7-1-1 R1

女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
(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)

変 更 前	変 更 後	備 考
4.7.1 原子炉冷却材浄化系	4.7.1 原子炉冷却材浄化系	変更なし

女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
 (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)

変更前	変更後	備考
<p>原子炉冷却材浄化系 A系注入配管合流点 O.P. 6.00 高圧代替注水系 注入配管合流点 A-A断面図 原子炉冷却材浄化系 B系注入配管合流点 150A-CUW O.P. 6.00 高圧代替注水系 注入配管合流点 B-B断面図 原子炉冷却材浄化系 A系注入配管合流点 150A-CUW O.P. 6.00 高圧代替注水系 注入配管合流点 C-C断面図</p> <p>注1: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点 注2: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点 注3: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点 注4: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点 注5: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点 注6: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点 注7: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点 注8: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点 注9: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点 注10: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点</p> <p>O.P. 8.10(m)</p> <p>工務計画認可申請 第4-7-1-2-10 女川原子力発電所 第2号機 原子炉冷却材浄化系 主設備の配置を明示した図面(その1) 東北電力株式会社 CUW 1517</p>	<p>原子炉冷却材浄化系 A系注入配管合流点 O.P. 6.00 高圧代替注水系 注入配管合流点 A-A断面図 原子炉冷却材浄化系 B系注入配管合流点 150A-CUW O.P. 6.00 高圧代替注水系 注入配管合流点 B-B断面図 原子炉冷却材浄化系 A系注入配管合流点 150A-CUW O.P. 6.00 高圧代替注水系 注入配管合流点 C-C断面図</p> <p>注1: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点 注2: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点 注3: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点 注4: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点 注5: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点 注6: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点 注7: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点 注8: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点 注9: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点 注10: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点</p> <p>O.P. 8.10(m)</p> <p>工務計画認可申請 第4-7-1-2-10 女川原子力発電所 第2号機 原子炉冷却材浄化系 主設備の配置を明示した図面(その1) 東北電力株式会社 CUW 2227</p>	<p>「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」のエルボは、変更前には記載されていなかったが、原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更に伴い要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことから、当該エルボを追加する必要があることから、変更後の管 No.①として。記載を追加する。</p> <p>なお、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点」のエルボについては、既認可の設計及び工事の計画に添付した図面に既に記載していたことから、当該エルボの追加はない。</p> <p>また、「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」のエルボを変更後の管 No.①として記載を追加したことに伴い、本図中の管 No.が変更前から1つ繰り上がる。(No.①→No.②、No.②→No.③…)</p>

女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
 (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)

変更前				変更後				備考																																																																																																													
<table border="1"> <thead> <tr> <th>No.</th> <th>名称</th> <th>部品</th> <th>外径</th> <th>厚さ</th> <th>材質</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>①</td> <td rowspan="10"> 高圧代替注水系 注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系 A系注入配管合流点 </td> <td>管</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>SFVC2B</td> </tr> <tr> <td>②</td> <td>管</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>STS410</td> </tr> <tr> <td>③</td> <td>ティー</td> <td>166.2 166.2 166.2</td> <td>14.3 14.3 14.3</td> <td>STS410</td> </tr> <tr> <td>④</td> <td>管</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>STS410</td> </tr> <tr> <td>⑤</td> <td>エルボ</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>STS410</td> </tr> <tr> <td>⑥</td> <td>管</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>SFVC2B</td> </tr> <tr> <td>⑦</td> <td>管</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>STS42</td> </tr> <tr> <td>⑧</td> <td>ティー</td> <td>166.2 166.2 114.3</td> <td>14.3 14.3 11.1</td> <td>STS42</td> </tr> <tr> <td>⑨</td> <td>管</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>STS410</td> </tr> <tr> <td>⑩</td> <td>エルボ</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>STS410</td> </tr> </tbody> </table> <p>*外径及び厚さは公称値(mm)を示す。</p>	No.	名称	部品	外径	厚さ	材質	①	高圧代替注水系 注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系 A系注入配管合流点	管	166.2	14.3	SFVC2B	②	管	166.2	14.3	STS410	③	ティー	166.2 166.2 166.2	14.3 14.3 14.3	STS410	④	管	166.2	14.3	STS410	⑤	エルボ	166.2	14.3	STS410	⑥	管	166.2	14.3	SFVC2B	⑦	管	166.2	14.3	STS42	⑧	ティー	166.2 166.2 114.3	14.3 14.3 11.1	STS42	⑨	管	166.2	14.3	STS410	⑩	エルボ	166.2	14.3	STS410	<table border="1"> <thead> <tr> <th>No.</th> <th>名称</th> <th>部品</th> <th>外径</th> <th>厚さ</th> <th>材質</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>①</td> <td rowspan="10"> G31-F022 高圧代替注水系 注入配管合流点 </td> <td>エルボ</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>STS410</td> </tr> <tr> <td>②</td> <td>管</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>SFVC2B</td> </tr> <tr> <td>③</td> <td>管</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>STS410</td> </tr> <tr> <td>④</td> <td>ティー</td> <td>166.2 166.2 166.2</td> <td>14.3 14.3 14.3</td> <td>STS410</td> </tr> <tr> <td>⑤</td> <td>管</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>STS410</td> </tr> <tr> <td>⑥</td> <td>エルボ</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>STS410</td> </tr> <tr> <td>⑦</td> <td>管</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>SFVC2B</td> </tr> <tr> <td>⑧</td> <td rowspan="3"> 原子炉冷却材浄化系 注入配管合流点 </td> <td>管</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>STS410</td> </tr> <tr> <td>⑨</td> <td>ティー</td> <td>166.2 166.2 114.3</td> <td>14.3 14.3 11.1</td> <td>STS42</td> </tr> <tr> <td>⑩</td> <td>エルボ</td> <td>166.2</td> <td>14.3</td> <td>STS410</td> </tr> </tbody> </table> <p>*外径及び厚さは公称値(mm)を示す。</p>	No.	名称	部品	外径	厚さ	材質	①	G31-F022 高圧代替注水系 注入配管合流点	エルボ	166.2	14.3	STS410	②	管	166.2	14.3	SFVC2B	③	管	166.2	14.3	STS410	④	ティー	166.2 166.2 166.2	14.3 14.3 14.3	STS410	⑤	管	166.2	14.3	STS410	⑥	エルボ	166.2	14.3	STS410	⑦	管	166.2	14.3	SFVC2B	⑧	原子炉冷却材浄化系 注入配管合流点	管	166.2	14.3	STS410	⑨	ティー	166.2 166.2 114.3	14.3 14.3 11.1	STS42	⑩	エルボ	166.2	14.3	STS410	<p>「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」のエルボは、変更前には記載されていなかったが、原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更に伴い要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことから、当該エルボを追加する必要があることから、変更後の管 No.①として。記載を追加する。</p> <p>なお、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点」のエルボについては、既認可の設計及び工事の計画に添付した図面に既に記載していたことから、当該エルボの追加はない。</p> <p>また、「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」のエルボを変更後の管 No.①として記載を追加したことに伴い、本図中の管 No.が変更前から1つ繰り上がる。(No.①→No.②。 No.②→No.③…)</p>
	No.	名称	部品	外径	厚さ	材質																																																																																																															
	①	高圧代替注水系 注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系 A系注入配管合流点	管	166.2	14.3	SFVC2B																																																																																																															
	②		管	166.2	14.3	STS410																																																																																																															
	③		ティー	166.2 166.2 166.2	14.3 14.3 14.3	STS410																																																																																																															
	④		管	166.2	14.3	STS410																																																																																																															
	⑤		エルボ	166.2	14.3	STS410																																																																																																															
	⑥		管	166.2	14.3	SFVC2B																																																																																																															
	⑦		管	166.2	14.3	STS42																																																																																																															
	⑧		ティー	166.2 166.2 114.3	14.3 14.3 11.1	STS42																																																																																																															
⑨	管		166.2	14.3	STS410																																																																																																																
⑩	エルボ		166.2	14.3	STS410																																																																																																																
No.	名称	部品	外径	厚さ	材質																																																																																																																
①	G31-F022 高圧代替注水系 注入配管合流点	エルボ	166.2	14.3	STS410																																																																																																																
②		管	166.2	14.3	SFVC2B																																																																																																																
③		管	166.2	14.3	STS410																																																																																																																
④		ティー	166.2 166.2 166.2	14.3 14.3 14.3	STS410																																																																																																																
⑤		管	166.2	14.3	STS410																																																																																																																
⑥		エルボ	166.2	14.3	STS410																																																																																																																
⑦		管	166.2	14.3	SFVC2B																																																																																																																
⑧		原子炉冷却材浄化系 注入配管合流点	管	166.2	14.3	STS410																																																																																																															
⑨			ティー	166.2 166.2 114.3	14.3 14.3 11.1	STS42																																																																																																															
⑩			エルボ	166.2	14.3	STS410																																																																																																															
工事計画認可申請 第4-7-1-2-2図 女川原子力発電所 第2号機 原子炉冷却材浄化系 主配管の配置を明示した図面(その2) 東北電力株式会社 CUW 1517				工事計画認可申請 第4-7-1-2-2図 女川原子力発電所 第2号機 原子炉冷却材浄化系 主配管の配置を明示した図面(その2) 東北電力株式会社 CUW 2227																																																																																																																	

女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
 (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)

変 更 前	変 更 後	備 考																																																																																				
<p>第 4-7-1-2-1~2 図 原子炉冷却材浄化系 主配管の配置を明示した図面別紙</p> <p>工事計画記載の公称値の許容範囲</p> <p>[主配管]</p> <p>管NO. 1*</p> <table border="1" data-bbox="145 670 952 821"> <thead> <tr> <th colspan="2">主要寸法 (mm)</th> <th>許容範囲</th> <th>根拠</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>外径</td> <td>165.2</td> <td></td> <td>製造能力、製造実績を考慮したメーカー基準値</td> </tr> <tr> <td>厚さ</td> <td>14.3</td> <td></td> <td>同上</td> </tr> </tbody> </table> <p>管NO. 2*</p> <table border="1" data-bbox="145 885 952 1037"> <thead> <tr> <th colspan="2">主要寸法 (mm)</th> <th>許容範囲</th> <th>根拠</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>外径</td> <td>165.2</td> <td>±1.6mm</td> <td>J I S G 3 4 5 5 による材料公差</td> </tr> <tr> <td>厚さ</td> <td>14.3</td> <td>±12.5%</td> <td>同上</td> </tr> </tbody> </table> <p>管NO. 3* 管継手 (ティー)</p> <table border="1" data-bbox="145 1101 952 1348"> <thead> <tr> <th colspan="2">主要寸法 (mm)</th> <th>許容範囲</th> <th>根拠</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>外径</td> <td>165.2</td> <td>+2.4mm -1.6mm</td> <td>【プラス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差 【マイナス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差</td> </tr> <tr> <td>厚さ</td> <td>14.3</td> <td>+規定しない -12.5%</td> <td>同上</td> </tr> </tbody> </table> <p>注：主要寸法は、工事計画記載の公称値。 注記*：主配管の配置を明示した図面の管NO.を示す。</p>	主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠	外径	165.2		製造能力、製造実績を考慮したメーカー基準値	厚さ	14.3		同上	主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠	外径	165.2	±1.6mm	J I S G 3 4 5 5 による材料公差	厚さ	14.3	±12.5%	同上	主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠	外径	165.2	+2.4mm -1.6mm	【プラス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差 【マイナス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差	厚さ	14.3	+規定しない -12.5%	同上	<p>第 4-7-1-2-1~2 図 原子炉冷却材浄化系 主配管の配置を明示した図面別紙</p> <p>工事計画記載の公称値の許容範囲</p> <p>[主配管]</p> <p>管NO. 1*, 6* 管継手 (エルボ)</p> <table border="1" data-bbox="974 359 1780 614"> <thead> <tr> <th colspan="2">主要寸法 (mm)</th> <th>許容範囲</th> <th>根拠</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>外径</td> <td>165.2</td> <td>+2.4mm -1.6mm</td> <td>【プラス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差 【マイナス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差</td> </tr> <tr> <td>厚さ</td> <td>14.3</td> <td>+規定しない -12.5%</td> <td>同上</td> </tr> </tbody> </table> <p>管NO. 2*</p> <table border="1" data-bbox="974 678 1780 829"> <thead> <tr> <th colspan="2">主要寸法 (mm)</th> <th>許容範囲</th> <th>根拠</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>外径</td> <td>165.2</td> <td></td> <td>製造能力、製造実績を考慮したメーカー基準値</td> </tr> <tr> <td>厚さ</td> <td>14.3</td> <td></td> <td>同上</td> </tr> </tbody> </table> <p>管NO. 3*</p> <table border="1" data-bbox="974 893 1780 1045"> <thead> <tr> <th colspan="2">主要寸法 (mm)</th> <th>許容範囲</th> <th>根拠</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>外径</td> <td>165.2</td> <td>±1.6mm</td> <td>J I S G 3 4 5 5 による材料公差</td> </tr> <tr> <td>厚さ</td> <td>14.3</td> <td>±12.5%</td> <td>同上</td> </tr> </tbody> </table> <p>管NO. 4* 管継手 (ティー)</p> <table border="1" data-bbox="974 1109 1780 1356"> <thead> <tr> <th colspan="2">主要寸法 (mm)</th> <th>許容範囲</th> <th>根拠</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>外径</td> <td>165.2</td> <td>+2.4mm -1.6mm</td> <td>【プラス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差 【マイナス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差</td> </tr> <tr> <td>厚さ</td> <td>14.3</td> <td>+規定しない -12.5%</td> <td>同上</td> </tr> </tbody> </table> <p>注：主要寸法は、工事計画記載の公称値。 注記*：主配管の配置を明示した図面の管NO.を示す。</p>	主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠	外径	165.2	+2.4mm -1.6mm	【プラス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差 【マイナス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差	厚さ	14.3	+規定しない -12.5%	同上	主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠	外径	165.2		製造能力、製造実績を考慮したメーカー基準値	厚さ	14.3		同上	主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠	外径	165.2	±1.6mm	J I S G 3 4 5 5 による材料公差	厚さ	14.3	±12.5%	同上	主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠	外径	165.2	+2.4mm -1.6mm	【プラス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差 【マイナス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差	厚さ	14.3	+規定しない -12.5%	同上	<p>「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」(変更後の管NO.1)、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点」(変更後の管NO.6)について、変更前には記載されていなかったが、原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更に伴い、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことにより、当該エルボを追加する必要があることから記載を追加する。</p> <p>また、「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」のエルボを変更後の管 No.①として記載を追加したことに伴い、本図中の管 No.が変更前から1つ繰り上がる。(No.1→No.2. No.2→No.3…)</p>
主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠																																																																																			
外径	165.2		製造能力、製造実績を考慮したメーカー基準値																																																																																			
厚さ	14.3		同上																																																																																			
主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠																																																																																			
外径	165.2	±1.6mm	J I S G 3 4 5 5 による材料公差																																																																																			
厚さ	14.3	±12.5%	同上																																																																																			
主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠																																																																																			
外径	165.2	+2.4mm -1.6mm	【プラス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差 【マイナス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差																																																																																			
厚さ	14.3	+規定しない -12.5%	同上																																																																																			
主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠																																																																																			
外径	165.2	+2.4mm -1.6mm	【プラス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差 【マイナス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差																																																																																			
厚さ	14.3	+規定しない -12.5%	同上																																																																																			
主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠																																																																																			
外径	165.2		製造能力、製造実績を考慮したメーカー基準値																																																																																			
厚さ	14.3		同上																																																																																			
主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠																																																																																			
外径	165.2	±1.6mm	J I S G 3 4 5 5 による材料公差																																																																																			
厚さ	14.3	±12.5%	同上																																																																																			
主要寸法 (mm)		許容範囲	根拠																																																																																			
外径	165.2	+2.4mm -1.6mm	【プラス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差 【マイナス側公差】 J I S B 2 3 1 2 による材料公差																																																																																			
厚さ	14.3	+規定しない -12.5%	同上																																																																																			

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
 (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)

変更前	変更後	備考
		<p>設計基準対象施設である「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」について、原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更により、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことで、設計基準対象施設としての原子炉冷却材浄化系の系統図を追加する必要があることから、本ページを追加する。</p>

「VI-2-5-3-2-1 管の耐震性についての計算書（復水給水系）」について

「VI-2-5-3-2-1 管の耐震性についての計算書（復水給水系）」に記載の解析モデル（鳥瞰図）について、令和 3 年 12 月 23 日付けで認可された設計及び工事の計画（既認可）に添付した計算書よりエルボ材であることを反映していたため、今回の変更認可申請において計算書の解析モデル（鳥瞰図）の変更はないことから、計算書に変更はないことを設工認資料及び設計図書により示す。

1. 設工認資料

別紙 3-1 図、別紙 3-2 図に示すように、既認可の要目表では「変更前」にエルボの仕様を記載し「変更後」は変更なし（＝エルボ）と記載していた。また別紙 3-3 図、別紙 3-4 図に示すように、今回変更認可申請の要目表では「変更後」はエルボの仕様を記載している。このことから、要目表の変更後については、既認可時も変更認可申請時もエルボとして記載していることが確認できる。

また、別紙 3-5 図、別紙 3-6 図に示すように、「高压代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」については、既認可の主配管の配置を明示した図面（配置図）にエルボとして既に記載していたことから、既認可時からエルボとして記載していることが確認できる。

2. 設計図書

「VI-2-5-3-2-1 管の耐震性についての計算書（復水給水系）」の鳥瞰図を別紙 3-7 図、3-8 図に、それに対応する設計図書（配管構造図）を別紙 3-9 図～別紙 3-11 図に示す。当該の配管構造図は平成 29 年 8 月 31 日に初版が発行されており、令和 3 年 12 月 23 日付けの既認可よりも前からエルボとして設計していたことが確認できる。

以上より、既認可の設計及び工事の計画に添付した計算書よりエルボ材であることを反映していたため、今回の変更認可申請において計算書の解析モデル（鳥瞰図）の変更はなく、計算書に変更はない。

なお、別紙 3-12 図、3-13 図に示す「VI-3-3-3-2-2-1-2 管の応力計算書（復水給水系）」に記載の解析モデル（鳥瞰図）についても既認可に添付した計算書よりエルボ材であることを反映していたことから、今回の変更認可申請において計算書の解析モデル（鳥瞰図）の変更はないものの、設計基準対象施設としての評価について、当該エルボを評価対象として記載する必要があることから、計算書の変更が必要となる。

変更前						変更後						
名称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温度 (℃)	外径*1 (mm)	厚さ*2 (mm)	材料	名称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温度 (℃)	外径*1 (mm)	厚さ*2 (mm)	材料	
原子炉冷却材浄化系	原子炉冷却材浄化系ろ過脱塩器	10.20 **4	66	139.8	(12.7)	STS42	原子炉冷却材浄化系	変更なし				
	原子炉冷却材浄化系再生熟交換器			216.3	(18.2)	STS42						
	原子炉冷却材浄化系再生熟交換器連絡管(胴側)	10.20 **4	302	216.3	(18.2)	STS42						変更なし
	原子炉冷却材浄化系再生熟交換器 ~ G31-F022	10.20 **4	302	216.3	(18.2)	STS42 STS410						変更なし
	G31-F022 ~ 高压代替注水系注入配管合流点	8.62 **4	302	216.3	(18.2)	STS42						変更なし
				216.3	(18.2)	STS42						
				216.3	(18.2)	STS42						
				—	—	—						
				216.3	(18.2)	STS42						
				216.3	(18.2)	STS42						
216.3				(18.2)	STS42							
165.2				(14.3)	STS410**5							
165.2	(14.3)	STS410**5										
165.2	(14.3)	STS410**5	165.2	(14.3)	SFVC2B							
高压代替注水系注入配管合流点 ~ 原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点	8.62 **4	302	165.2	(14.3)	STS410**5	高压代替注水系注入配管合流点 ~ 原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点	8.62	302	165.2	(14.3)	STS410	
			165.2	(14.3)	STS410							
			165.2	(14.3)	STS410**5						変更なし	

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

別紙 3-1 図 原子炉冷却材浄化系主配管の要目表 (1/2) (既認可)

変更前						変更後							
名	称	最高使用 圧力 (MPa)	最高使用 温度 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料	名	称	最高使用 圧力 (MPa)	最高使用 温度 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料
原子炉冷却材浄化系	原子炉冷却材浄化系再生熱交換器(胴側)出口配管分岐点 ～ 原子炉隔離時冷却系注入配管 合流点	8.62**	302	216.3	(18.2)	STS42	原子炉冷却材浄化系	原子炉隔離時冷却系注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点	8.62**	302	変更なし		変更なし
				165.2	(14.3)								
	165.2	(14.3)	SFVC2B										
	165.2	(14.3)	STS42										
	165.2	(14.3)	STS42										
	114.3	(11.1)	STS410**5										
	165.2	(14.3)	STS410**5										

- 注記*1：外径は公称値を示す。
 *2：()内は公称値を示す。
 *3：記載の適正化を行う。既工事計画書には「原子炉圧力容器から原子炉冷却材浄化系再生熱交換器入口配管まで」と記載。
 *4：S 1単位に換算したものである。
 *5：記載の適正化を行う。既工事計画書には「STS42」と記載。
 *6：エルボを示す。既工事計画書にはエルボを含めた管仕様を記載しているため、記載の適正化を行う。
 *7：既工事計画書に記載がないため記載の適正化を行う。記載内容は、平成3年6月19日付け3資料第1003号にて認可された工事計画の添付書類「IV-2-1-2-4-1 管の基本板厚計算書」による。
 *8：記載の適正化を行う。既工事計画書には「原子炉再循環系から原子炉冷却材浄化系再生熱交換器まで(原子炉冷却材浄化系再生熱交換器入口配管)」と記載。
 *9：記載の適正化を行う。既工事計画書には「原子炉冷却材浄化系再生熱交換器及び原子炉隔離時冷却系から復水給水系まで」と記載。
 *10：非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備(高压代替注水系)及び原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(高压代替注水系)と兼用。
 *11：非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備(原子炉隔離時冷却系)と兼用。

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

変更前						変更後							
名称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温度 (°C)	外径*1 (mm)	厚さ*2 (mm)	材料	名称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温度 (°C)	外径*1 (mm)	厚さ*2 (mm)	材料		
原子炉冷却材浄化系	原子炉冷却材浄化系ろ過脱塩器 ～ 原子炉冷却材浄化系再生熱交換器	10.20**4	66	139.8	(12.7)	STS42 STS410	原子炉冷却材浄化系 G31-F022 ～ 高压代替注水系注入配管合流点	8.62**4	302	変更なし		変更なし	
				216.3	(18.2)	STS42							
	原子炉冷却材浄化系再生熱交換器連絡管(胴側)	10.20**4	302	216.3	(18.2)	STS42				変更なし			変更なし
	原子炉冷却材浄化系再生熱交換器 ～ G31-F022	10.20**4	302	216.3	(18.2)	STS42 STS410				変更なし			
	G31-F022 ～ 高压代替注水系注入配管合流点	216.3	(18.2)	STS42	変更なし								
		216.3	(18.2)	STS42	変更なし								
		216.3	(18.2)	STS42	変更なし								
		216.3	(18.2)	STS42	変更なし								
		216.3	(18.2)	STS42	変更なし								
		216.3	(18.2)	STS42	変更なし								
216.3		(18.2)	STS42	変更なし									
165.2		(14.3)	STS410**5	変更なし									
165.2	(14.3)	STS410**5	変更なし										
						8.62	302	165.2	(14.3)	STS410			
高压代替注水系注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点	8.62**4	302	165.2	(14.3)	STS410**5	高压代替注水系注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点	8.62	302	165.2	(14.3)	SFVC2B		
									165.2	(14.3)	STS410		
									165.2	(14.3)	STS410		
									165.2	(14.3)	STS410		
									165.2	(14.3)	STS410		
						変更なし							
						8.62	302	165.2	(14.3)	STS410			

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

別紙 3-3 図 原子炉冷却材浄化系主配管の要目表(1/2) (今回変更認可申請)

変更前						変更後						
名称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温度 (℃)	外径*1 (mm)	厚さ*2 (mm)	材料	名称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温度 (℃)	外径*1 (mm)	厚さ*2 (mm)	材料	
原子炉冷却材浄化系	*9 原子炉冷却材浄化系再生熱交換器(胴側)出口配管分岐点 ～ 原子炉隔離時冷却系注入配管合流点	8.62**	302	216.3	(18.2)	STS42	原子炉冷却材浄化系	*11	変更なし	変更なし	変更なし	変更なし
				/	(14.3)							
				165.2	(14.3)							
	165.2	*12(14.3)	SFVC2B									
	165.2	(14.3)	STS410**									
	165.2	(14.3)	STS42									
*10 原子炉隔離時冷却系注入配管合流点 ～ 原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点	8.62**	302	114.3	(11.1)	STS42							
			165.2	(14.3)	STS410**							

注記*1：外径は公称値を示す。

*2：()内は公称値を示す

*3：記載の適正化を行う。既工事計画書には「原子炉圧力容器から原子炉冷却材浄化系再生熱交換器入口配管まで」と記載。

*4：S 1 単位に換算したものである。

*5：記載の適正化を行う。既工事計画書には「STS42」と記載。

*6：エルボを示す。既工事計画書にはエルボを含めた管仕様を記載しているため、記載の適正化を行う。

*7：既工事計画書に記載がないため記載の適正化を行う。記載内容は、平成3年6月19日付けS資庁第1003号にて認可された工事計画の添付書類「IV-2-1-2-4-1 管の基本板厚計算書」による。

*8：記載の適正化を行う。既工事計画書には「原子炉再循環系から原子炉冷却材浄化系再生熱交換器まで（原子炉冷却材浄化系再生熱交換器入口配管）」と記載。

*9：記載の適正化を行う。既工事計画書には「原子炉冷却材浄化系再生熱交換器及び原子炉隔離時冷却系から復水給水系まで」と記載。

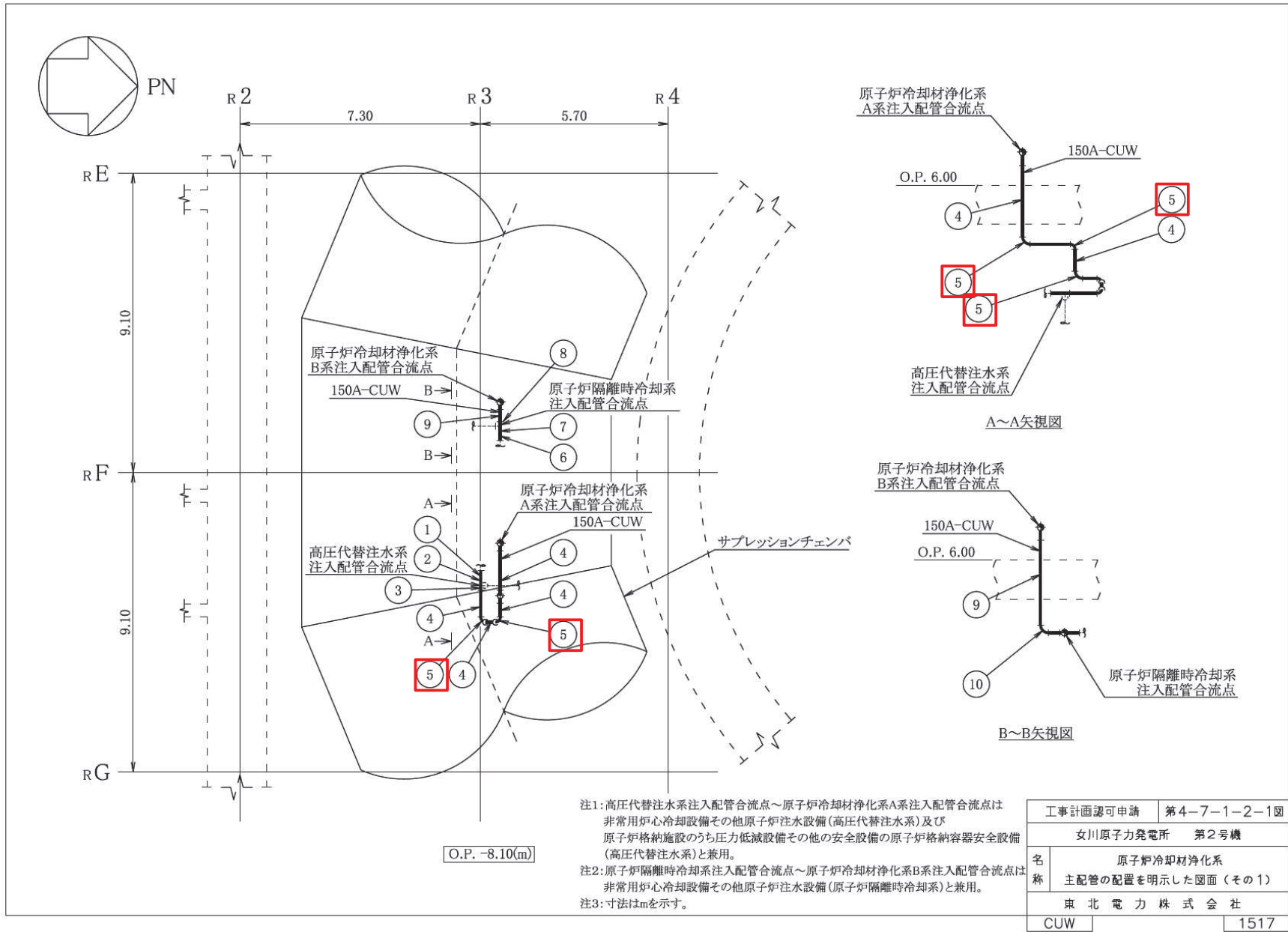
*10：非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（高圧代替注水系）及び原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高圧代替注水系）と兼用。

*11：非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（原子炉隔離時冷却系）と兼用。

*12：エルボを示す。

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

3-9-1-5



注1: 高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点は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)及び原子炉格納施設のうち圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備(高圧代替注水系)と兼用。
 注2: 原子炉隔離時冷却系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系B系注入配管合流点は非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備(原子炉隔離時冷却系)と兼用。
 注3: 寸法はmを示す。

工事計画認可申請	第4-7-1-2-1図
女川原子力発電所 第2号機	
名称	原子炉冷却材浄化系 主配管の配置を明示した図面(その1)
東北電力株式会社	
CUW	1517

別紙3-5図 原子炉冷却材浄化系主配管の配置図(その1) (既認可)

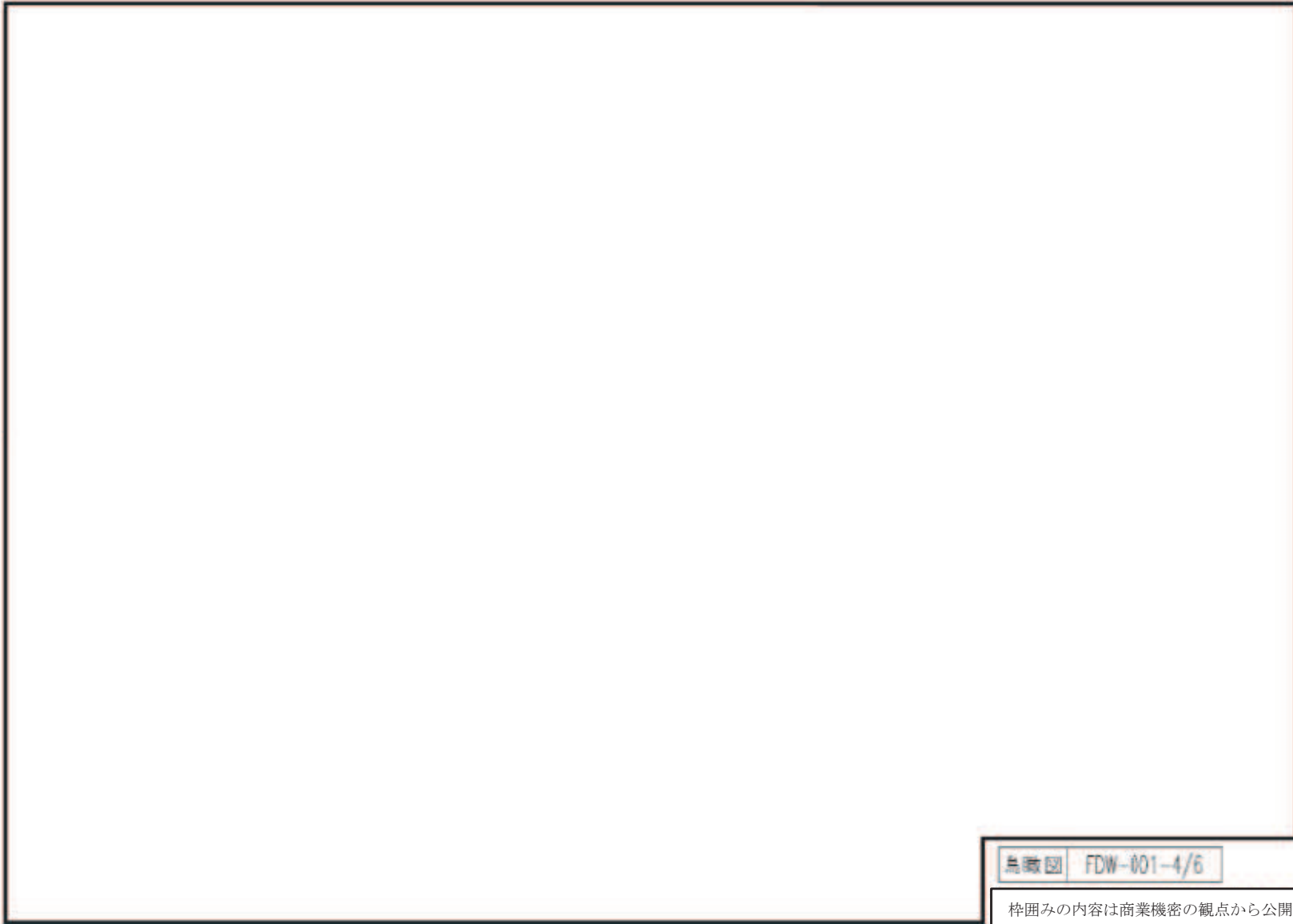
No.	名称	部品	外径*	厚さ*	材質
①	高压代替注水系 注入配管合流点 ~ 原子炉冷却材浄化系 A系注入配管合流点	管	165.2	14.3	SFVC2B
②		管	165.2	14.3	STS410
③		ティー	165.2 / 165.2 / 165.2	14.3 / 14.3 / 14.3	STS410
④		管	165.2	14.3	STS410
⑤		エルボ	165.2	14.3	STS410
⑥	原子炉隔離時冷却系 注入配管合流点 ~ 原子炉冷却材浄化系 B系注入配管合流点	管	165.2	14.3	SFVC2B
⑦		管	165.2	14.3	STS42
⑧		ティー	165.2 / 165.2 / 114.3	14.3 / 14.3 / 11.1	STS42
⑨		管	165.2	14.3	STS410
⑩		エルボ	165.2	14.3	STS410

*外径及び厚さは公称値(mm)を示す。

工事計画認可申請	第4-7-1-2-2図
女川原子力発電所 第2号機	
名称	原子炉冷却材浄化系 主配管の配置を明示した図面(その2)
東北電力株式会社	
CUW	1517

別紙 3-6 図 原子炉冷却材浄化系主配管の配置図(その2) (既認可)

02 ⑥ VI-2-5-3-2-1(設) R1

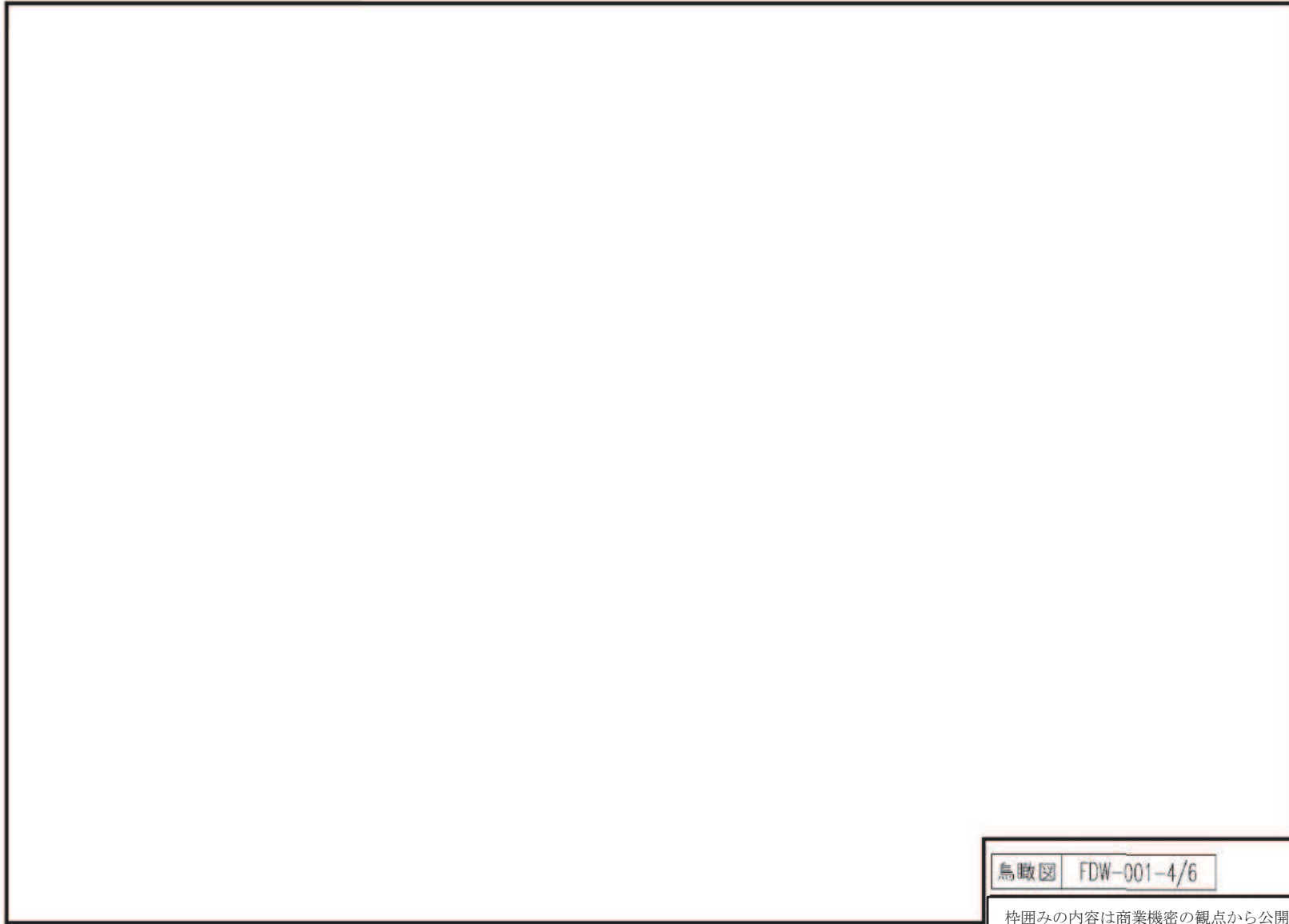


鳥瞰図 FDW-001-4/6

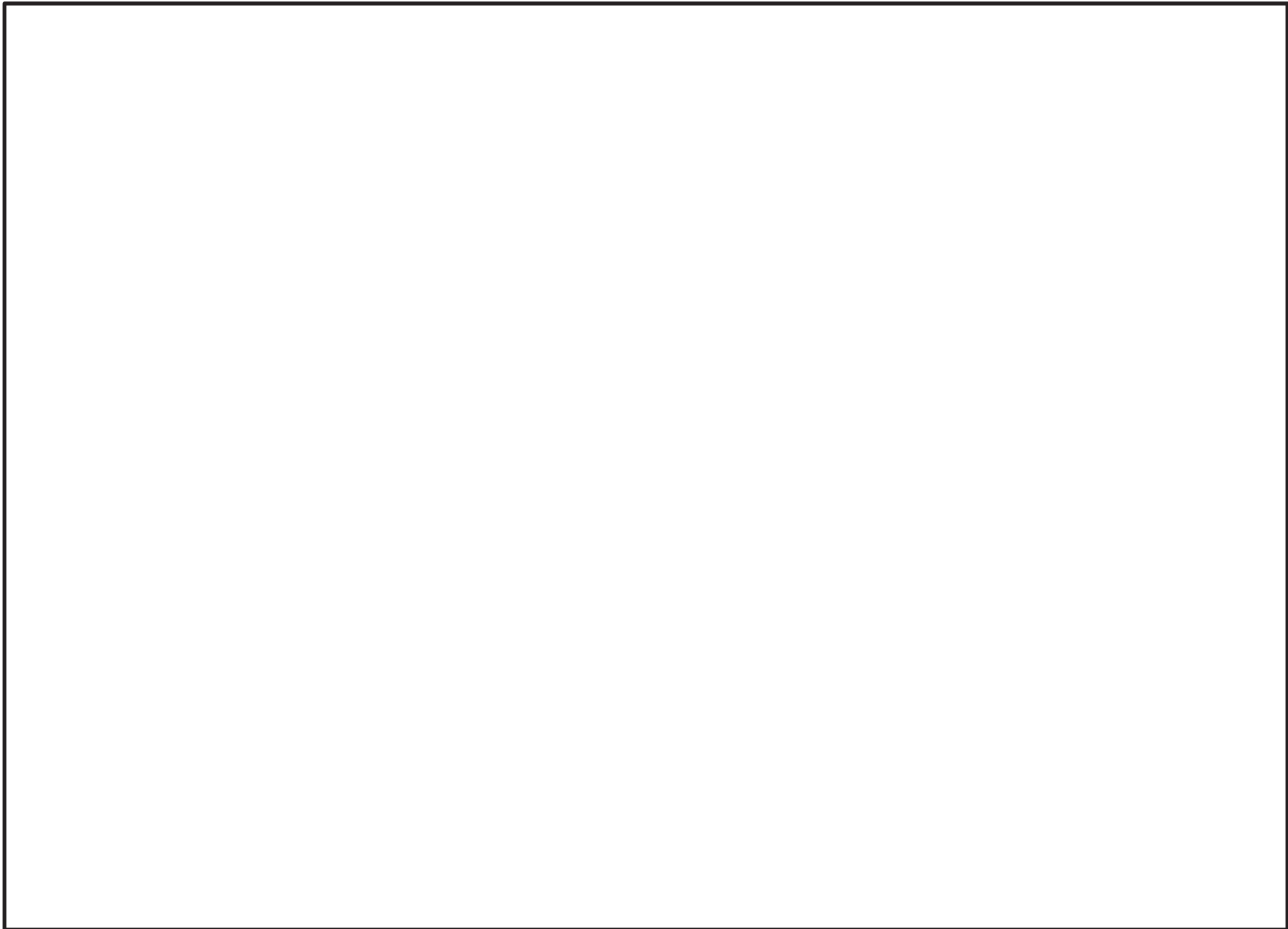
枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

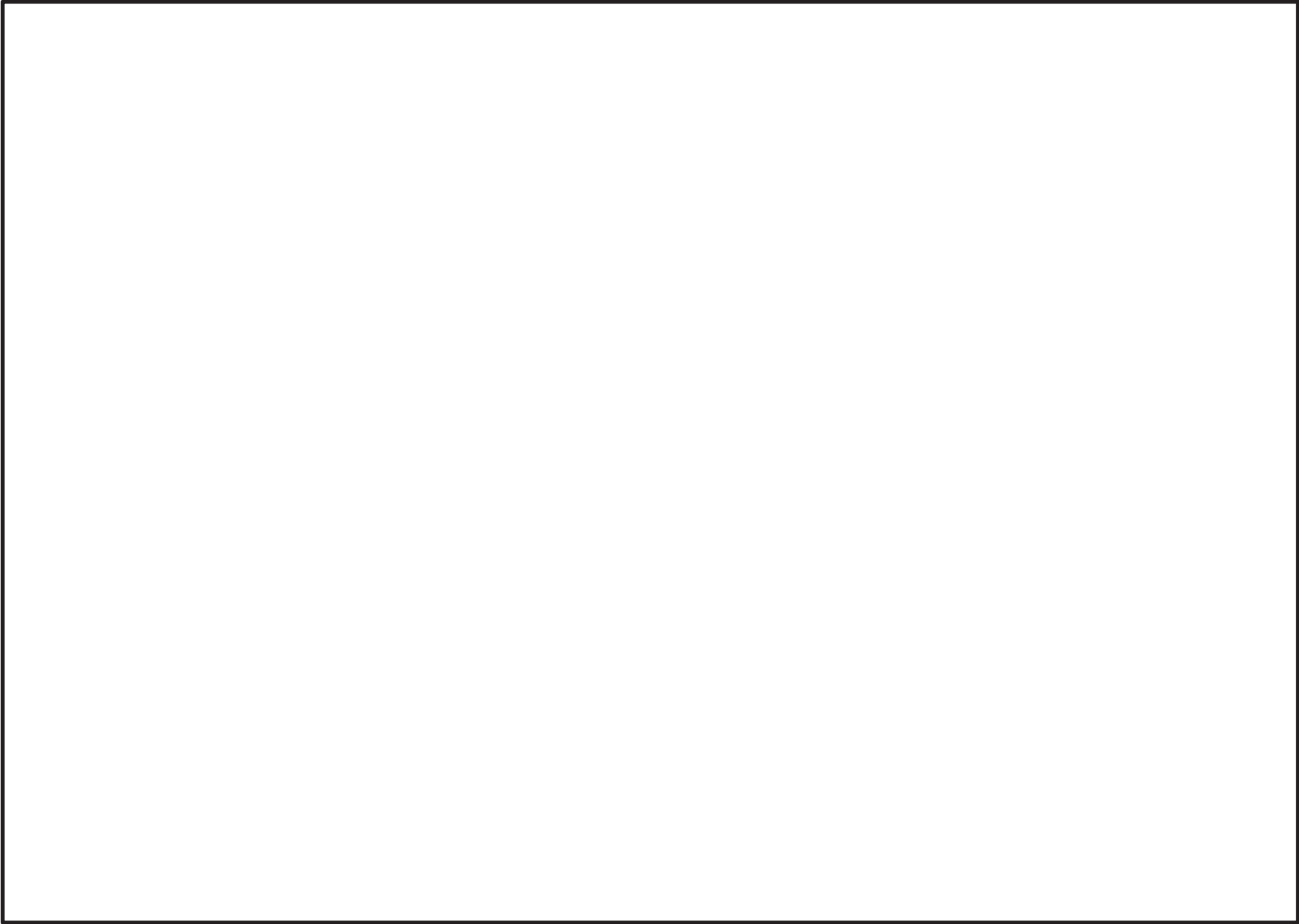
別紙 3-7 図 設計基準対象施設の鳥瞰図 (VI-2-5-3-2-1 管の耐震性についての計算書 (復水給水系)) (既認可)

02 ⑥ VI-2-5-3-2-1(重) R1



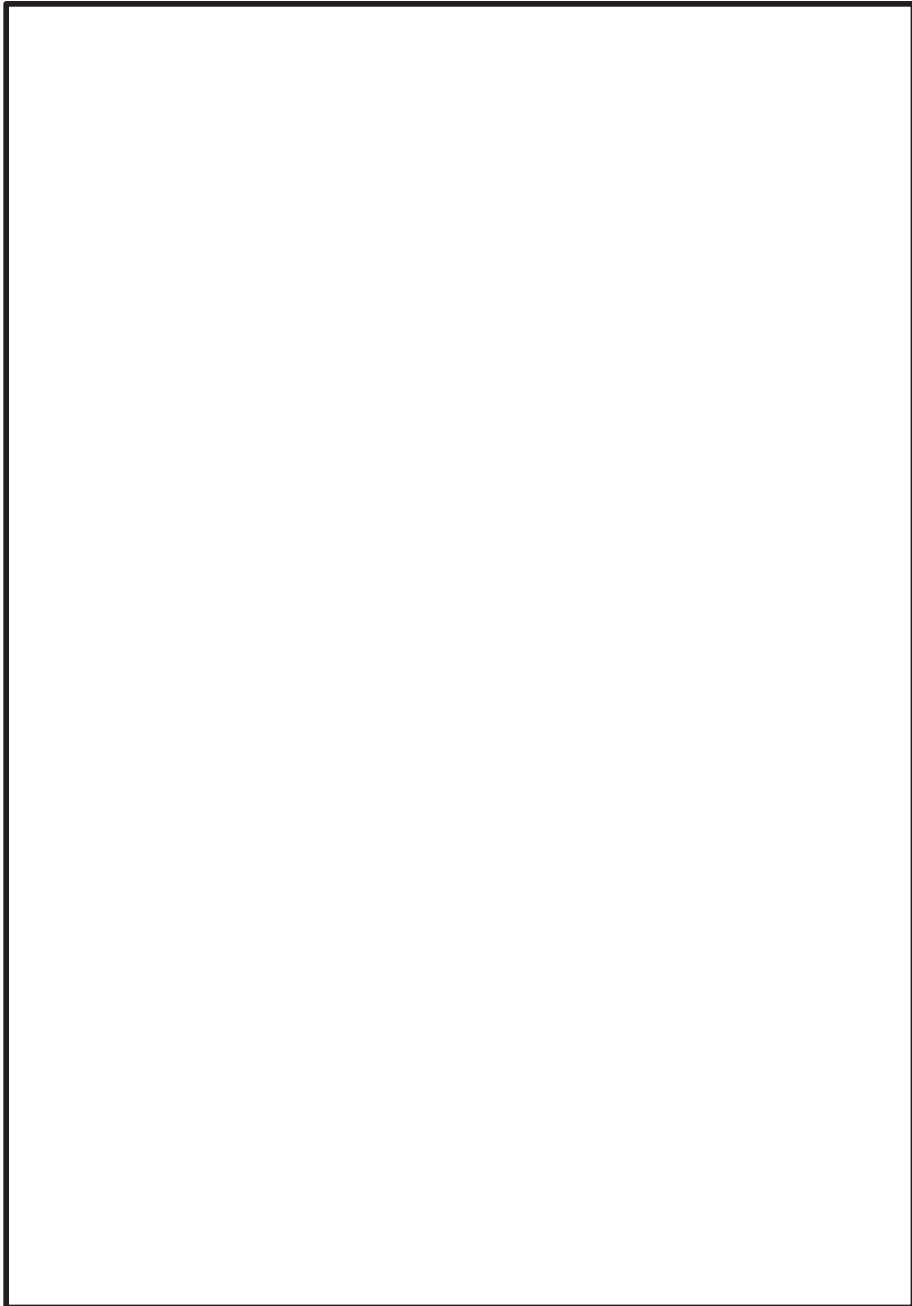
別紙3-8 図 重大事故等対処設備の鳥瞰図 (VI-2-5-3-2-1 管の耐震性についての計算書 (復水給水系)) (既認可)





別紙 3-10 図 原子炉冷却材浄化系の配管構造図(2/3) (平成 29 年 8 月 31 日初版発行)

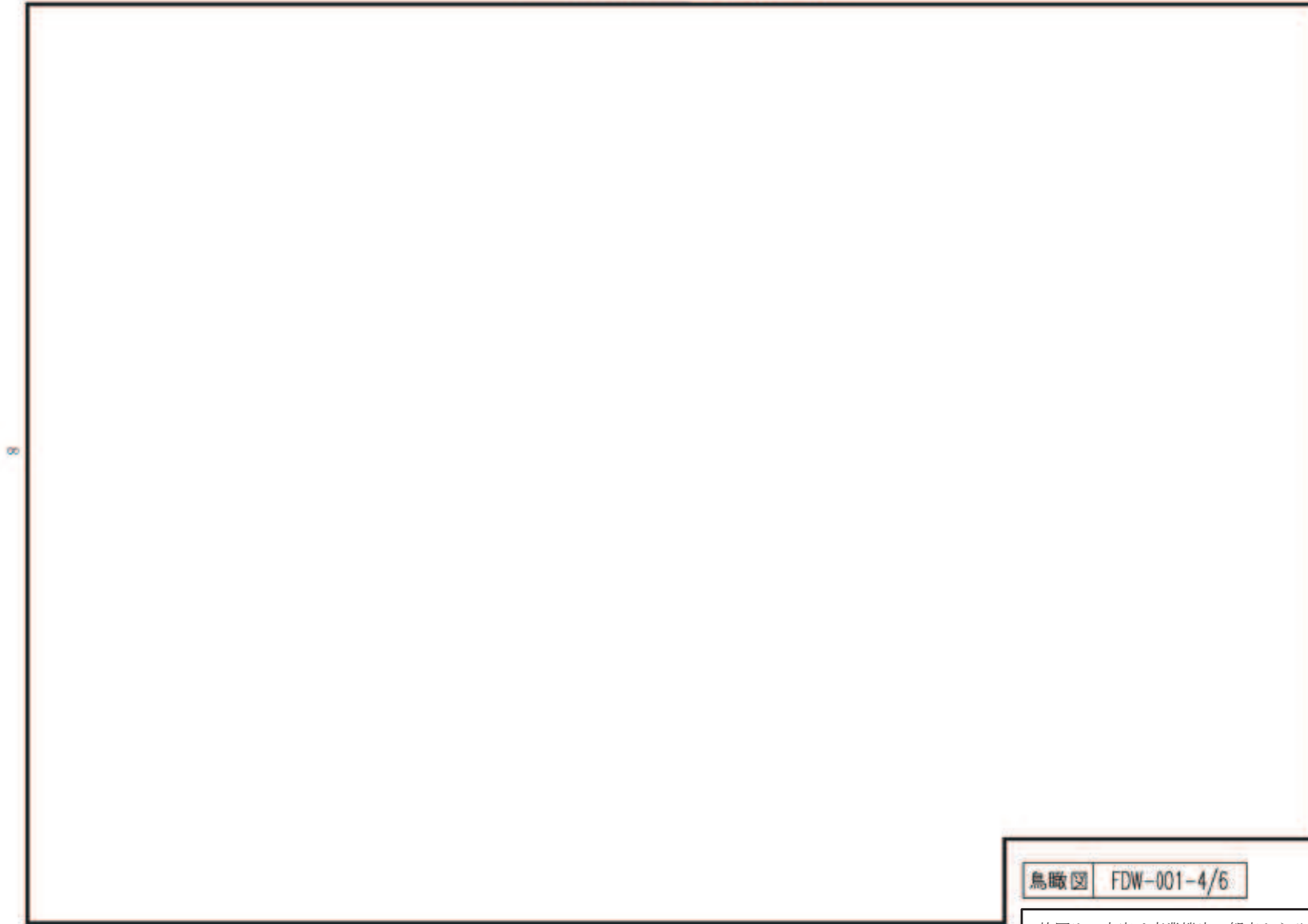
枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。



別紙3-11 図 原子炉冷却材浄化系の配管構造図(3/3) (平成29年8月31日初版発行)

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

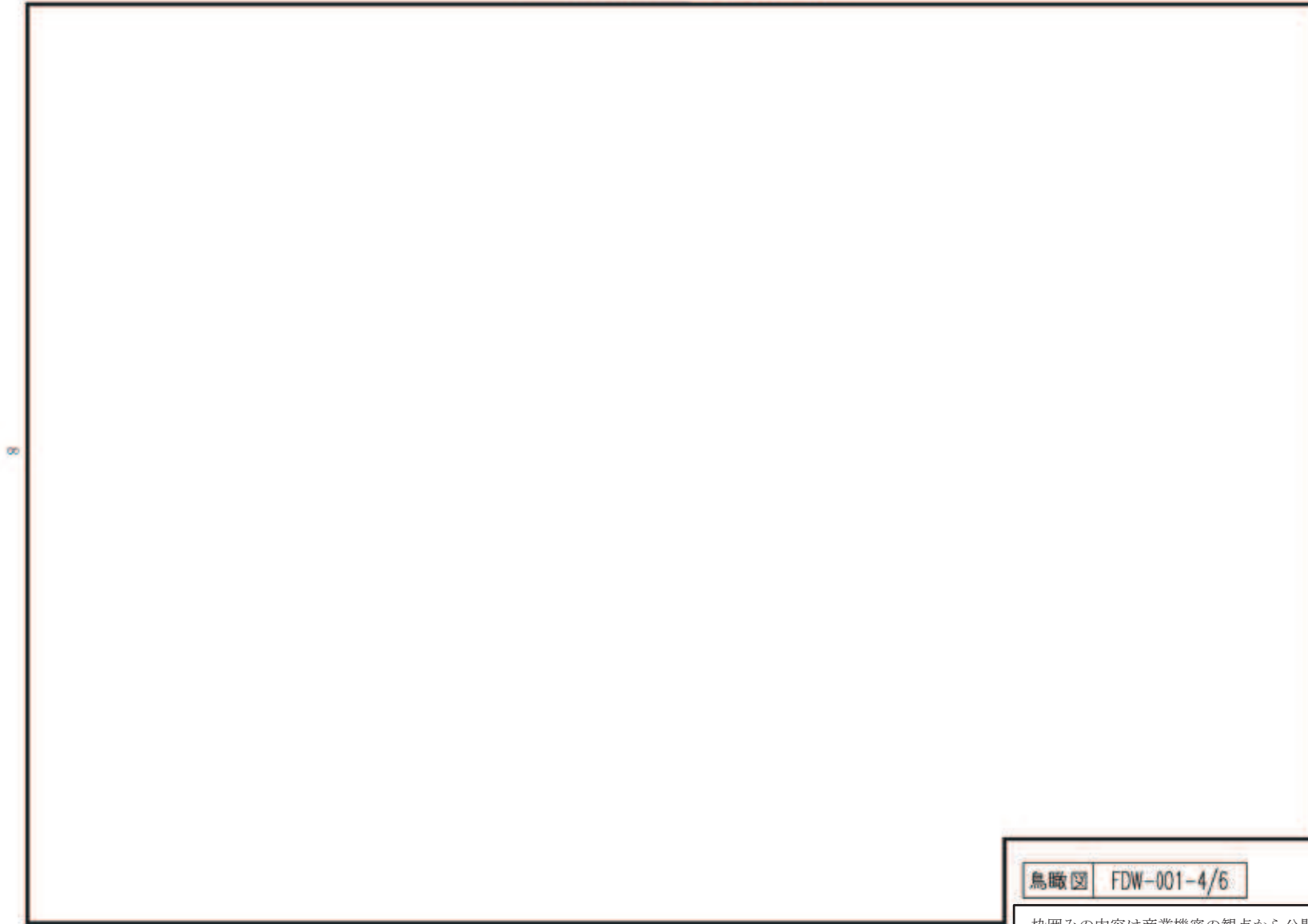
02: ⑥ VI-3-3-3-2-2-1-2(設) R0



枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

別紙3-12 図 設計基準対象施設の鳥瞰図 (VI-3-3-3-2-2-1-2 管の応力計算書 (復水給水系)) (既認可)

02: ⑥ VI-3-3-3-2-2-1-2(重) R0



鳥瞰図 FDW-001-4/6

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

別紙 3-13 図 重大事故等対処設備の鳥瞰図 (VI-3-3-3-2-2-1-2 管の応力計算書 (復水給水系)) (既認可)

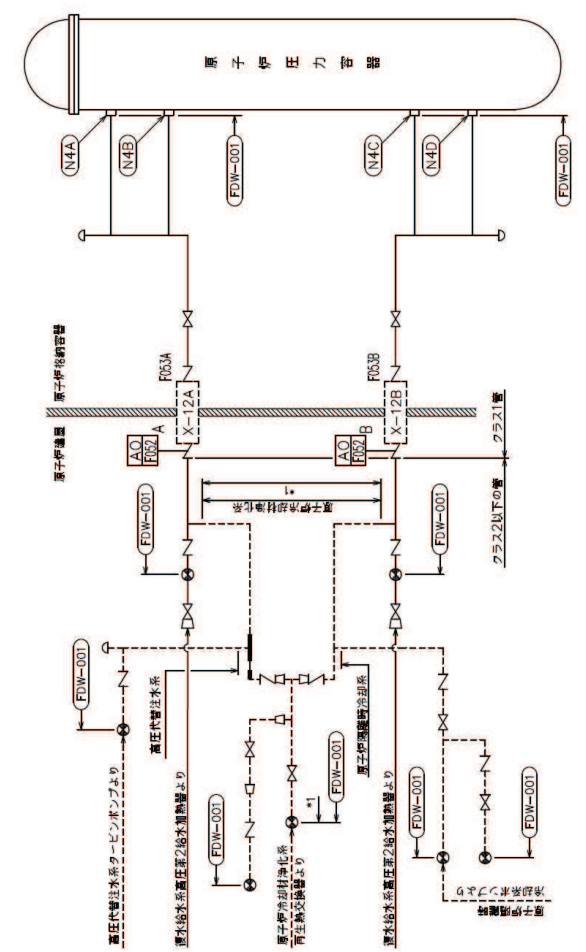
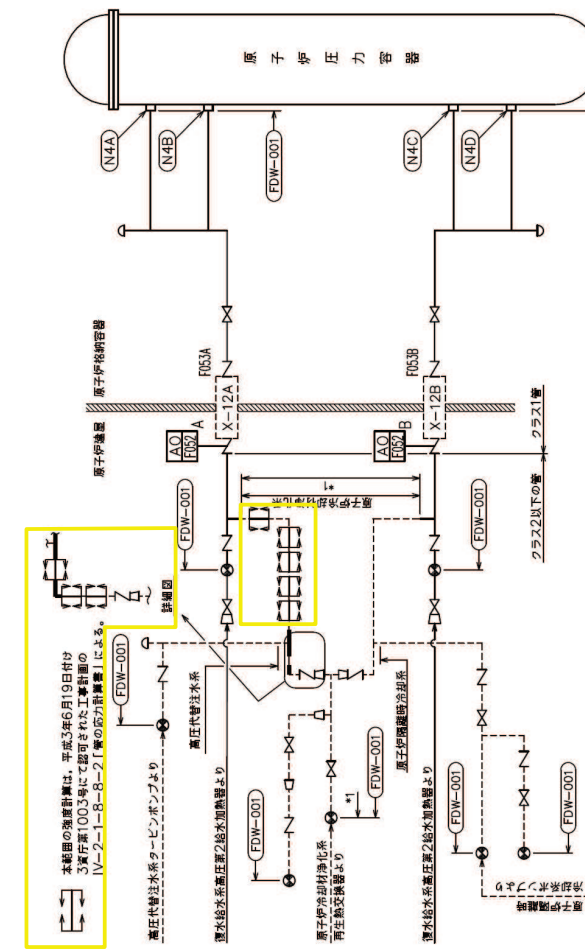
女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
(VI-3-3-3-2-2-1-2 管の応力計算書 (復水給水系))

変 更 前	変 更 後	備 考
<p data-bbox="331 475 770 501">VI-3-3-2-2-1-2 管の応力計算書 (復水給水系)</p> <p data-bbox="174 721 197 938">O2 ⑤ VI-3-3-2-2-1-2 R0</p>	<p data-bbox="1178 475 1617 501">VI-3-3-2-2-1-2 管の応力計算書 (復水給水系)</p> <p data-bbox="1021 721 1043 938">O2 ⑤ VI-3-3-2-2-1-2 R0</p>	<p data-bbox="1832 475 1912 501">変更無し</p>


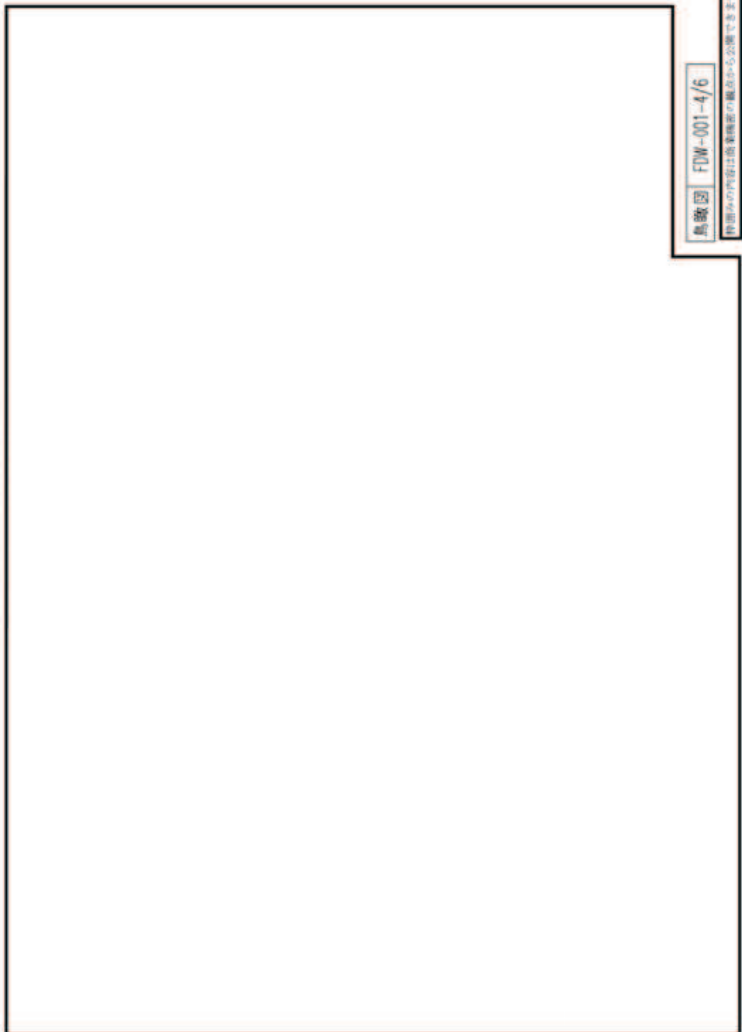
女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
(VI-3-3-3-2-2-1-2 管の応力計算書(復水給水系))

変 更 前												変 更 後												備 考																																																																																																																																																																																																																																																																		
<p>・評価条件整理表</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th rowspan="2">既設 or 新設 モデルNo.</th> <th rowspan="2">施設 の 新設 があるか</th> <th colspan="2">施設時の 技術基準に 対象とする 施設の規定 があるか</th> <th colspan="2">クラスアップするか</th> <th colspan="4">条件アップするか</th> <th colspan="2">既工認 における 評価結果 の有無</th> <th rowspan="2">施設時の 適用規格</th> <th rowspan="2">評価区分</th> <th rowspan="2">同等性 評価 区分</th> <th rowspan="2">評価 クラス</th> </tr> <tr> <th>クラス アップ の有無</th> <th>クラス アップ の有無</th> <th>DB クラス</th> <th>SA クラス</th> <th>条件 アップ の有無</th> <th>DB条件 圧力 (MPa)</th> <th>DB条件 温度 (℃)</th> <th>SA条件 圧力 (MPa)</th> <th>SA条件 温度 (℃)</th> <th>有</th> <th>無</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td></td> <td>既設</td> <td>有</td> <td>有</td> <td>無</td> <td>SA-2</td> <td>無</td> <td>DB-2</td> <td>DB-2</td> <td>SA-2</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>既工認</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> </tr> <tr> <td></td> <td>既設</td> <td>有</td> <td>有</td> <td>無</td> <td>SA-2</td> <td>有</td> <td>DB-1</td> <td>DB-1</td> <td>SA-2</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>10.34</td> <td>315</td> <td>S55告示 又は告示</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> </tr> <tr> <td>FDW-001</td> <td>新設</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> </tr> <tr> <td></td> <td>新設</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> <td>—</td> <td>DB-2</td> <td>DB-2</td> <td>SA-2</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>DB-2 SA-2</td> </tr> <tr> <td></td> <td>既設</td> <td>有</td> <td>有</td> <td>無</td> <td>SA-2</td> <td>無</td> <td>DB-2</td> <td>DB-2</td> <td>SA-2</td> <td>11.77</td> <td>66</td> <td>11.77</td> <td>66</td> <td>S55告示</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> </tr> <tr> <td></td> <td>既設</td> <td>有</td> <td>有</td> <td>無</td> <td>SA-2</td> <td>無</td> <td>DB-2</td> <td>DB-2</td> <td>SA-2</td> <td>11.77</td> <td>66</td> <td>11.77</td> <td>66</td> <td>S55告示</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> </tr> </tbody> </table>												既設 or 新設 モデルNo.	施設 の 新設 があるか	施設時の 技術基準に 対象とする 施設の規定 があるか		クラスアップするか		条件アップするか				既工認 における 評価結果 の有無		施設時の 適用規格	評価区分	同等性 評価 区分	評価 クラス	クラス アップ の有無	クラス アップ の有無	DB クラス	SA クラス	条件 アップ の有無	DB条件 圧力 (MPa)	DB条件 温度 (℃)	SA条件 圧力 (MPa)	SA条件 温度 (℃)	有	無		既設	有	有	無	SA-2	無	DB-2	DB-2	SA-2	8.62	302	8.62	302	既工認	—	SA-2		既設	有	有	無	SA-2	有	DB-1	DB-1	SA-2	8.62	302	10.34	315	S55告示 又は告示	—	SA-2	FDW-001	新設	—	—	—	SA-2	—	—	—	SA-2	8.62	302	8.62	302	—	—	SA-2		新設	—	—	—	SA-2	—	DB-2	DB-2	SA-2	8.62	302	8.62	302	—	—	DB-2 SA-2		既設	有	有	無	SA-2	無	DB-2	DB-2	SA-2	11.77	66	11.77	66	S55告示	—	SA-2		既設	有	有	無	SA-2	無	DB-2	DB-2	SA-2	11.77	66	11.77	66	S55告示	—	SA-2	<p>・評価条件整理表</p> <table border="1"> <thead> <tr> <th rowspan="2">既設 or 新設 モデルNo.</th> <th rowspan="2">施設 の 新設 があるか</th> <th colspan="2">クラスアップするか</th> <th colspan="2">クラスアップするか</th> <th colspan="4">条件アップするか</th> <th colspan="2">既工認 における 評価結果 の有無</th> <th rowspan="2">施設時の 適用規格</th> <th rowspan="2">評価区分</th> <th rowspan="2">同等性 評価 区分</th> <th rowspan="2">評価 クラス</th> </tr> <tr> <th>クラス アップ の有無</th> <th>クラス アップ の有無</th> <th>DB クラス</th> <th>SA クラス</th> <th>条件 アップ の有無</th> <th>DB条件 圧力 (MPa)</th> <th>DB条件 温度 (℃)</th> <th>SA条件 圧力 (MPa)</th> <th>SA条件 温度 (℃)</th> <th>有</th> <th>無</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td></td> <td>既設</td> <td>有</td> <td>有</td> <td>無</td> <td>SA-2</td> <td>無</td> <td>DB-2</td> <td>DB-2</td> <td>SA-2</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>既工認</td> <td>—</td> <td>DB-2 SA-2</td> </tr> <tr> <td></td> <td>既設</td> <td>有</td> <td>有</td> <td>無</td> <td>SA-2</td> <td>有</td> <td>DB-1</td> <td>DB-1</td> <td>SA-2</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>10.34</td> <td>315</td> <td>S55告示 又は告示</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> </tr> <tr> <td>FDW-001</td> <td>新設</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>DB-2 SA-2</td> </tr> <tr> <td></td> <td>新設</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> <td>—</td> <td>DB-2</td> <td>DB-2</td> <td>SA-2</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>8.62</td> <td>302</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>DB-2 SA-2</td> </tr> <tr> <td></td> <td>既設</td> <td>有</td> <td>有</td> <td>無</td> <td>SA-2</td> <td>無</td> <td>DB-2</td> <td>DB-2</td> <td>SA-2</td> <td>11.77</td> <td>66</td> <td>11.77</td> <td>66</td> <td>S55告示</td> <td>—</td> <td>SA-2</td> </tr> <tr> <td></td> <td>既設</td> <td>有</td> <td>有</td> <td>無</td> <td>SA-2</td> <td>無</td> <td>DB-2</td> <td>DB-2</td> <td>SA-2</td> <td>11.77</td> <td>66</td> <td>11.77</td> <td>66</td> <td>S55告示</td> <td>—</td> <td>DB-2</td> </tr> </tbody> </table>												既設 or 新設 モデルNo.	施設 の 新設 があるか	クラスアップするか		クラスアップするか		条件アップするか				既工認 における 評価結果 の有無		施設時の 適用規格	評価区分	同等性 評価 区分	評価 クラス	クラス アップ の有無	クラス アップ の有無	DB クラス	SA クラス	条件 アップ の有無	DB条件 圧力 (MPa)	DB条件 温度 (℃)	SA条件 圧力 (MPa)	SA条件 温度 (℃)	有	無		既設	有	有	無	SA-2	無	DB-2	DB-2	SA-2	8.62	302	8.62	302	既工認	—	DB-2 SA-2		既設	有	有	無	SA-2	有	DB-1	DB-1	SA-2	8.62	302	10.34	315	S55告示 又は告示	—	SA-2	FDW-001	新設	—	—	—	SA-2	—	—	—	SA-2	8.62	302	8.62	302	—	—	DB-2 SA-2		新設	—	—	—	SA-2	—	DB-2	DB-2	SA-2	8.62	302	8.62	302	—	—	DB-2 SA-2		既設	有	有	無	SA-2	無	DB-2	DB-2	SA-2	11.77	66	11.77	66	S55告示	—	SA-2		既設	有	有	無	SA-2	無	DB-2	DB-2	SA-2	11.77	66	11.77	66	S55告示	—	DB-2	<p>原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更により、「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」について、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことに伴い、当該エルボを評価対象として記載する。</p> <p>また、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系A系注入配管合流点」のエルボは「変更前」から評価対象であったものの、設計基準対象施設としても使用するエルボであることから、評価クラスに「DB-2」を記載する。</p>
既設 or 新設 モデルNo.	施設 の 新設 があるか	施設時の 技術基準に 対象とする 施設の規定 があるか		クラスアップするか		条件アップするか				既工認 における 評価結果 の有無				施設時の 適用規格	評価区分	同等性 評価 区分	評価 クラス																																																																																																																																																																																																																																																																									
		クラス アップ の有無	クラス アップ の有無	DB クラス	SA クラス	条件 アップ の有無	DB条件 圧力 (MPa)	DB条件 温度 (℃)	SA条件 圧力 (MPa)	SA条件 温度 (℃)	有	無																																																																																																																																																																																																																																																																														
	既設	有	有	無	SA-2	無	DB-2	DB-2	SA-2	8.62	302	8.62	302	既工認	—	SA-2																																																																																																																																																																																																																																																																										
	既設	有	有	無	SA-2	有	DB-1	DB-1	SA-2	8.62	302	10.34	315	S55告示 又は告示	—	SA-2																																																																																																																																																																																																																																																																										
FDW-001	新設	—	—	—	SA-2	—	—	—	SA-2	8.62	302	8.62	302	—	—	SA-2																																																																																																																																																																																																																																																																										
	新設	—	—	—	SA-2	—	DB-2	DB-2	SA-2	8.62	302	8.62	302	—	—	DB-2 SA-2																																																																																																																																																																																																																																																																										
	既設	有	有	無	SA-2	無	DB-2	DB-2	SA-2	11.77	66	11.77	66	S55告示	—	SA-2																																																																																																																																																																																																																																																																										
	既設	有	有	無	SA-2	無	DB-2	DB-2	SA-2	11.77	66	11.77	66	S55告示	—	SA-2																																																																																																																																																																																																																																																																										
既設 or 新設 モデルNo.	施設 の 新設 があるか	クラスアップするか		クラスアップするか		条件アップするか				既工認 における 評価結果 の有無		施設時の 適用規格	評価区分	同等性 評価 区分	評価 クラス																																																																																																																																																																																																																																																																											
		クラス アップ の有無	クラス アップ の有無	DB クラス	SA クラス	条件 アップ の有無	DB条件 圧力 (MPa)	DB条件 温度 (℃)	SA条件 圧力 (MPa)	SA条件 温度 (℃)	有					無																																																																																																																																																																																																																																																																										
	既設	有	有	無	SA-2	無	DB-2	DB-2	SA-2	8.62	302	8.62	302	既工認	—	DB-2 SA-2																																																																																																																																																																																																																																																																										
	既設	有	有	無	SA-2	有	DB-1	DB-1	SA-2	8.62	302	10.34	315	S55告示 又は告示	—	SA-2																																																																																																																																																																																																																																																																										
FDW-001	新設	—	—	—	SA-2	—	—	—	SA-2	8.62	302	8.62	302	—	—	DB-2 SA-2																																																																																																																																																																																																																																																																										
	新設	—	—	—	SA-2	—	DB-2	DB-2	SA-2	8.62	302	8.62	302	—	—	DB-2 SA-2																																																																																																																																																																																																																																																																										
	既設	有	有	無	SA-2	無	DB-2	DB-2	SA-2	11.77	66	11.77	66	S55告示	—	SA-2																																																																																																																																																																																																																																																																										
	既設	有	有	無	SA-2	無	DB-2	DB-2	SA-2	11.77	66	11.77	66	S55告示	—	DB-2																																																																																																																																																																																																																																																																										

女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
 (VI-3-3-3-2-2-1-2 管の応力計算書 (復水給水系))

変更前	変更後	備考
<p style="text-align: center;">O.2 ⑥ VI-3-3-3-2-2-1-2(設) R.0</p>  <p style="text-align: center;">復水給水系概略系統図</p> <p style="text-align: right;">注記 *1: 原子炉冷却材浄化系 開閉でピル上系統に導ける。</p>	<p style="text-align: center;">O.2 変二 VI-3-3-3-2-2-1-2(設) R.0</p>  <p style="text-align: center;">復水給水系概略系統図</p> <p style="text-align: right;">注記 *1: 原子炉冷却材浄化系 開閉でピル上系統に導ける。</p>	<p>原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更により、「G31-F022～高圧代替注水系注入配管合流点」、「高圧代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A 系注入配管合流点」について、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことに伴い、当該エルボを評価対象として記載する。</p>

女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
 (VI-3-3-3-2-2-1-2 管の応力計算書 (復水給水系))

変 更 前	変 更 後	備 考
<p style="text-align: center;">O2 ⑥ VI-3-3-3-2-2-1-2(原) R0</p>  <p style="text-align: center;">8</p>	<p style="text-align: center;">O2 変二 W33322212(原) R0</p>  <p style="text-align: center;">8</p>	<p>原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更により、「G31-F022～高压代替注水系注入配管合流点」、「高压代替注水系注入配管合流点～原子炉冷却材浄化系 A系注入配管合流点」について、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことに伴い、当該エルボを評価対象として記載する。</p>

枠囲みの内容は商業機密の観点から公開できません。

女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
 (VI-3-3-3-7-1-1-1 管の基本板厚計算書 (原子炉冷却材浄化系))

変 更 前	変 更 後	備 考
<p style="text-align: center;">VI-3-3-3-7-1-1-1 管の基本板厚計算書 (原子炉冷却材浄化系)</p> <p style="text-align: left; vertical-align: middle;">O2 ⑥ VI-3-3-3-7-1-1-1 R0</p>	<p style="text-align: center;">VI-3-3-3-7-1-1-1 管の基本板厚計算書 (原子炉冷却材浄化系)</p> <p style="text-align: left; vertical-align: middle;">O2 変二 VI-3-3-3-7-1-1-1 R0</p>	<p style="text-align: center;">変更なし</p>

女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
 (VI-3-3-3-7-1-1-1 管の基本板厚計算書 (原子炉冷却材浄化系))

変 更 前	変 更 後	備 考
<p style="text-align: center;">O.2 ⑥ VI-3-3-7-1-1-1 R.1</p> <p style="text-align: center;">1. 概略系統図</p> <p style="text-align: center;">注記*: 蓄機手 原子炉冷却材浄化系 概略系統図</p> <p style="text-align: center;">第4回 3号炉第1003号による認可された工事計画書の添付書類 IV-2-1-2-4-1 管の基本板厚計算書</p>	<p style="text-align: center;">O.2 変二 VI-3-3-7-1-1-1 R.1</p> <p style="text-align: center;">1. 概略系統図</p> <p style="text-align: center;">注記*: 蓄機手 原子炉冷却材浄化系 概略系統図</p> <p style="text-align: center;">第4回 3号炉第1003号による認可された工事計画書の添付書類 IV-2-1-2-4-1 管の基本板厚計算書</p>	<p>原子炉冷却材浄化系主配管の要目表の記載の変更により、「G31-F022～高压代替注水系注入配管合流点」について、要目表の変更後にエルボを新設することを記載したことに伴い、当該エルボを評価対象として記載する。</p>

女川原子力発電所第2号機 設計及び工事計画の変更認可申請 変更前後比較表
 (VI-1-10-4 本設工認に係る設計の実績, 工事及び検査の計画 原子炉冷却系統施設)

変 更 前	変 更 後	備 考
<p style="text-align: center;">VI-1-10-4 本設工認に係る設計の実績, 工事及び検査の計画 原子炉冷却系統施設</p> <p style="text-align: left; padding-left: 10px;">O2 ⑥ VI-1-10-4 R2</p>	<p style="text-align: center;">VI-1-10-4 本設工認に係る設計の実績, 工事及び検査の計画 原子炉冷却系統施設</p> <p style="text-align: left; padding-left: 10px;">O2 表二 VI-1-10-4 R0</p>	<p style="text-align: center;">変更なし</p>

