

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-変 2-工-A-04-0002 改 1
提出年月日	2023年3月 29日

原子炉冷却材浄化系主配管 要目表

(兼用する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) 主配管を含む)

2023年3月

東北電力株式会社

原子炉冷却材浄化系主配管 要目表

(6) 主配管

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	
*3 原子炉圧力容器 ～ 原子炉冷却材浄化系再生熱交換器入口配管合流点	8.62 *4	302	60.5	(8.7)	STS410*5	変更なし						
			*6	(8.7)	*6							STS410*5
			60.5	(8.7)	STS410*5							
			/	/	STS410*5							
			60.5	(8.7)	STS410*5							
			/	/	STS410*5							
*8 G31-F001 ～ 原子炉格納容器配管貫通部 (X-50)	8.62 *4	302	216.3	(15.1)	STS42	変更なし						
			216.3	(18.2)	STS42 STS410							
原子炉冷却材浄化系	8.83 *4	302	216.3	(18.2)	STS42	変更なし						
			216.3	(18.2)	STS42							
			216.3	(18.2)	STS42							
			139.8	(12.7)	STS42							
			139.8	(12.7)	STS42							
			139.8	(12.7)	STS42 STS410							
			216.3	(18.2)	STS42 STS410							
			139.8	(12.7)	STS42 STS410							
*5 原子炉冷却材浄化系ろ過脱塩器	10.20 *4	66	139.8	(12.7)	STS42 STS410	変更なし						
			216.3	(18.2)	STS42 STS410							
*5 原子炉冷却材浄化系ポンプ	10.20 *4	66	139.8	(12.7)	STS42 STS410	変更なし						
			216.3	(18.2)	STS42 STS410							

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	変更なし				
	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					
	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					
	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)						
				—	—	—					
				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)										
—											
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	変更なし					
			—								
			—								
			—								
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	変更なし				
				165.2	(14.3)	SFVC2B					
				165.2	(14.3)	STS410					
				165.2	(14.3)	STS410					
				165.2	(14.3)						
				165.2	(14.3)	STS410					
				165.2	(14.3)						
				165.2	(14.3)	STS410 *5					
				165.2	(14.3)						
				—							
—											

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	*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 *4	302	216.3	(18.2)	原子炉冷却材浄化系	変更なし							
				/	/							165.2	(14.3)	STS42
				165.2	(14.3)							STS410*5		
	*9 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 *4	302	165.2	*7(14.3)	SFVC2B	原子炉冷却材浄化系	*11 変更なし						
				165.2	(14.3)	STS410*5								
				165.2	(14.3)	STS42								
114.3				(11.1)										
			*6	(14.3)	*6	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 I 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。

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 要目表

(7) 主配管 (常設)

変 更 前						変 更 後										
名 称	最高使用 圧 (MPa)	最高使用 温 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料	名 称	最高使用 圧力*3 (MPa)	最高使用 温 度*3 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料					
高圧代替注水系						主蒸気系 原子炉圧力容器 ～ 原子炉隔離時冷却系蒸気配管分岐点	*4	3. 原子炉冷却系統施設 3.4 原子炉冷却材の循環設備 3.4.1 主蒸気系 (8) 主配管 に記載する。								
								原子炉隔離時冷却系 原子炉隔離時冷却系蒸気配管分岐点 ～ 原子炉格納容器配管貫通部(X-36)	*5	3. 原子炉冷却系統施設 3.7 原子炉冷却材補給設備 3.7.1 原子炉隔離時冷却系 (5) 主配管 に記載する。						
						原子炉格納容器配管貫通部(X-36)					*6	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。				
						原子炉隔離時冷却系 原子炉格納容器配管貫通部(X-36) ～ 原子炉格納容器外側アンカ	*5	3. 原子炉冷却系統施設 3.7 原子炉冷却材補給設備 3.7.1 原子炉隔離時冷却系 (5) 主配管 に記載する。								
													原子炉隔離時冷却系 原子炉格納容器外側アンカ ～ 高圧代替注水系蒸気入口配管分岐点	*5		
						高圧代替注水系蒸気入口配管分岐点 ～ 高圧代替注水系タービンポンプ (次頁へ続く)	*7	10.34	315	114.3	(11.1)	STS410				
										*8	*8	*8				
										114.3	(11.1)	STS410				
165.2	(14.3)	STS410														
/	/	STS410														
114.3	(11.1)	STS410														
165.2	(14.3)	STS410														
*8	*8	*8														
165.2	(14.3)	STS410														
/	/	STS410														
—	—	STS410														
/	/	STS410														
165.2	(14.3)	STS410														

変 更 前						変 更 後											
名 称	最高使用 圧 (MPa)	最高使用 温 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料	名 称	最高使用 圧 力*3 (MPa)	最高使用 温 度*3 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料						
高圧代替注水系	—	—				(前頁からの続き) 高圧代替注水系蒸気入口配管分岐点 ～ 高圧代替注水系タービンポンプ	8.62	302	165.2	(14.3)	STS410						
									/	/							
									114.3	(11.1)		STS410					
									*8	*8		*8					
									114.3	(11.1)		STS410					
									/	/							
									114.3	(11.1)		STS410					
									/	/							
									—	—							
									114.3	(11.1)		STS410					
						/	/										
						89.1	(11.1)	STS410									
						89.1	(11.1)	STS410									
						*8	*8	*8									
						89.1	(11.1)	STS410									
						高圧代替注水系	—	—				高圧代替注水系タービンポンプ ～ 原子炉隔離時冷却系タービン排気配管合流点	*7	0.98	216.3	(8.2)	STS410
															/	/	
															—	—	
															/	/	
															216.3	(8.2)	
*8	*8	*8															
216.3	(8.2)	STS410															
216.3	(8.2)	STS410															
/	/																
—	—																
216.3	(8.2)	STS410															
*8	*8	*8															
216.3	(8.2)	STS410															
原子炉隔離時冷却系	—	—				原子炉隔離時冷却系タービン排気配管合流点 ～ 原子炉格納容器配管貫通部(X-222)	*5		3. 原子炉冷却系統施設 3.7 原子炉冷却材補給設備 3.7.1 原子炉隔離時冷却系 (5) 主配管 に記載する。								

変 更 前						変 更 後						
名 称	最高使用 圧 (MPa)	最高使用 温 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料	名 称	最高使用 圧力*3 (MPa)	最高使用 温 度*3 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料	
高圧代替注水系	—					原子炉格納容器配管貫通部 (X-222)	*6	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。				
							原子炉隔離時冷却系	*5	3. 原子炉冷却系統施設 3.7 原子炉冷却材補給設備 3.7.1 原子炉隔離時冷却系 (5) 主配管 に記載する。			
						補給水系	*9	3. 原子炉冷却系統施設 3.7 原子炉冷却材補給設備 3.7.2 補給水系 (5) 主配管 に記載する。				
						高圧炉心スプレイ系	*10	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 高圧炉心スプレイ系 (7) 主配管 (常設) に記載する。				
						補給水よりの第一アンカ ～ 復水貯蔵タンク出口配管分岐点	*10					
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	*10											
低圧代替注水系吸込配管分岐点 ～ 高圧代替注水系吸込配管分岐点	*10											

変 更 前						変 更 後					
名 称	最高使用 圧 (MPa)	最高使用 温 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料	名 称	最高使用 圧力*3 (MPa)	最高使用 温度*3 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料
高圧代替注水系	—	—				*7 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	1.37	66	216.3	(8.2)	SUS304TP
									*8	*8	*8
									216.3	(8.2)	SUS304TP
									216.3	(8.2)	STS410
									*8	*8	*8
									216.3	(8.2)	STS410
									216.3	(8.2)	STS410
									/	/	STS410
									165.2	(7.1)	STS410
									114.3	(13.5)	STS410
						*8	*8	*8			
						114.3	(13.5)	STS410			
						114.3	(13.5)	STS410			
						/	/	STS410			
						165.2	(18.2)	STS410			
						114.3	(13.5)	STS410			
						165.2	(18.2)	STS410			
						*8	*8	*8			
						165.2	(18.2)	STS410			
						165.2	(18.2)	STS410			
/	/	STS410									
/	/	STS410									
—	—	STS410									
165.2	(14.3)	STS410									
*8	*8	*8									
165.2	(14.3)	STS410									
165.2	(14.3)	STS410									
/	/	STS410									
—	—	STS410									
165.2	(14.3)	STS410									
*11	原子炉冷却材浄化系 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					*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。					

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 力*3 (MPa)	最 高 使 用 温 度*3 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料
高 圧 代 替 注 水 系		—				復 水 給 水 系	*12				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)					
						高 圧 代 替 注 水 系					
復 水 給 水 系	*12				原子炉格納容器配管貫通部(X-12A) ～ 原子炉圧力容器	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。					

注記*1 : 外径は公称値を示す。

*2 : ()内は公称値を示す。

*3 : 重大事故等時の使用時の値。

*4 : 本設備は、既存の原子炉冷却材の循環設備(主蒸気系)であり、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)として本工事計画で兼用とする。

*5 : 本設備は、既存の原子炉冷却材補給設備(原子炉隔離時冷却系)であり、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)として本工事計画で兼用とする。

*6 : 本設備は、既存の原子炉格納施設のうち原子炉格納容器(配管貫通部)であり、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)として本工事計画で兼用とする。

*7 : 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。

*8 : エルボを示す。

*9 : 本設備は、既存の原子炉冷却材補給設備(補給水系)であり、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)として本工事計画で兼用とする。

*10 : 本設備は、既存の非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備(高圧炉心スプレイ系)であり、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)として本工事計画で兼用とする。

*11 : 本設備は、既存の原子炉冷却材浄化設備(原子炉冷却材浄化系)であり、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)として本工事計画で兼用とする。

*12 : 本設備は、既存の原子炉冷却材の循環設備(復水給水系)であり、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)として本工事計画で兼用とする。

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 要目表

ヌ 主配管（常設）

変 更 前						変 更 後					
名 称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温 (°C)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料	名 称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温 (°C)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料
高圧代替注水系	—	—	—	—	—	主蒸気系	原子炉圧力容器 ～ 原子炉隔離時冷却系 蒸気配管分岐点	*3	3. 原子炉冷却系統施設 3.4 原子炉冷却材の循環設備 3.4.1 主蒸気系 (8) 主配管 に記載する。		
						原子炉隔離時冷却系	原子炉隔離時冷却系 蒸気配管分岐点 ～ 原子炉格納容器配管 貫通部(X-36)	*4	3. 原子炉冷却系統施設 3.7 原子炉冷却材補給設備 3.7.1 原子炉隔離時冷却系 (5) 主配管 に記載する。		
						原子炉格納容器配管貫通部 (X-36)		*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。		
						原子炉隔離時冷却系	原子炉格納容器配管 貫通部(X-36) ～ 原子炉格納容器外側 アンカ	*4	3. 原子炉冷却系統施設 3.7 原子炉冷却材補給設備 3.7.1 原子炉隔離時冷却系 (5) 主配管 に記載する。		
						原子炉隔離時冷却系	原子炉格納容器外側 アンカ ～ 高圧代替注水系蒸気 入口配管分岐点	*4			
						高圧代替注水系	高圧代替注水系蒸気 入口配管分岐点 ～ 高圧代替注水系ター ビンポンプ ～ 高圧代替注水系ター ビンポンプ ～ 原子炉隔離時冷却系 タービン排気配管合 流点	*6	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。		

変 更 前						変 更 後										
名 称	最高使用 圧 (MPa)	最高使用 温 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料	名 称	最高使用 圧 (MPa)	最高使用 温 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料					
高圧代替注水系	—					原子炉隔離時冷却系						*4 原子炉隔離時冷却系タービン排気配管合流点～原子炉格納容器配管貫通部(X-222) 3. 原子炉冷却系統施設 3.7 原子炉冷却材補給設備 3.7.1 原子炉隔離時冷却系(5) 主配管に記載する。				
																*5 原子炉格納容器配管貫通部(X-222) 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。
						原子炉隔離時冷却系					*4 原子炉格納容器配管貫通部(X-222)～原子炉隔離時冷却系スパージャ 3. 原子炉冷却系統施設 3.7 原子炉冷却材補給設備 3.7.1 原子炉隔離時冷却系(5) 主配管に記載する。					
						補給水系					*7 復水貯蔵タンク～E22-F014 3. 原子炉冷却系統施設 3.7 原子炉冷却材補給設備 3.7.2 補給水系(5) 主配管に記載する。					
						高圧炉心スプレイ系					*8 E22-F014～補給水よりの第一アンカ *8 補給水よりの第一アンカ～復水貯蔵タンク出口配管分岐点 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 高圧炉心スプレイ系(7) 主配管(常設)に記載する。					

変 更 前						変 更 後						
名 称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温 (°C)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料	名 称	最高使用圧 (MPa)	最高使用温 (°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 高圧炉心スプレイ系 (7) 主配管 (常設) に記載する。				
							*8 低圧代替注水系吸込配管分岐点 ～ 高圧代替注水系吸込配管分岐点					
						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。				
							*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					
						原子炉冷却材浄化系	*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	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。				
						復水給水系	*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。										

変 更 前						変 更 後					
名 称	最高使用 圧 (MPa)	最高使用 温 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料	名 称	最高使用 圧 (MPa)	最高使用 温 (℃)	外 径*1 (mm)	厚 さ*2 (mm)	材 料
高压代替注水系		—				高压代替注水系 復水給水系					*10 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。

注記*1 : 外径は公称値を示す。

*2 : ()内は公称値を示す。

*3 : 本設備は、既存の原子炉冷却系統施設のうち原子炉冷却材の循環設備（主蒸気系）であり、圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高压代替注水系）として本工事計画で兼用とする。

*4 : 本設備は、既存の原子炉冷却系統施設のうち原子炉冷却材補給設備（原子炉隔離時冷却系）であり、圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高压代替注水系）として本工事計画で兼用とする。

*5 : 本設備は、既存の原子炉格納容器（配管貫通部）であり、圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高压代替注水系）として本工事計画で兼用とする。

*6 : 本設備は、原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（高压代替注水系）であり、圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高压代替注水系）として本工事計画で兼用とする。

*7 : 本設備は、既存の原子炉冷却系統施設のうち原子炉冷却材補給設備（補給水系）であり、圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高压代替注水系）として本工事計画で兼用とする。

*8 : 本設備は、既存の原子炉冷却系統施設のうち非常用炉心冷却設備その他原子炉注水設備（高压炉心スプレイ系）であり、圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高压代替注水系）として本工事計画で兼用とする。

*9 : 本設備は、既存の原子炉冷却系統施設のうち原子炉冷却材浄化設備（原子炉冷却材浄化系）であり、圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高压代替注水系）として本工事計画で兼用とする。

*10 : 本設備は、既存の原子炉冷却系統施設のうち原子炉冷却材の循環設備（復水給水系）であり、圧力低減設備その他の安全設備の原子炉格納容器安全設備（高压代替注水系）として本工事計画で兼用とする。