

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代償バロメータを計測する計器	評価
				計器数	計器名称		
事故時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM 設備別操作手順書 (PPAC 現場起動)	原子炉圧力容器内の水位	可搬式原子炉水位計	可搬式原子炉水位計	1	1	③	計器故障等 SBO
			原子炉隔離時冷却系タービン入口圧力	1	1	③	
			高圧代給排水系ポンプ吐出圧力	1	1	③	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	1	1	③	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	1	1	③	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	1	1	③	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	1	1	③	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	1	1	③	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	1	1	③	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	1	1	③	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代償バロメータを計測する計器	評価
				計器数	計器名称		
事故時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM 設備別操作手順書 (PPAC 現場起動)	原子炉圧力容器内の圧力	可搬式原子炉水位計	可搬式原子炉水位計	2	2	①	計器故障等 SBO
			原子炉隔離時冷却系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系ポンプ吐出圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代償バロメータを計測する計器	評価
				計器数	計器名称		
事故時運転操作手順書 (運転ベース)等 AM 設備別操作手順書 (PPAC 現場起動)	原子炉圧力容器内の圧力	可搬式原子炉水位計	可搬式原子炉水位計	2	2	①	計器故障等 SBO
			原子炉隔離時冷却系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系ポンプ吐出圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	
			高圧代給排水系タービン入口圧力	2	2	①	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 原子炉冷却材圧力カバンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	
			計器数	直後	計器数	直後			
1.2.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (1) 高圧代替注水系による原子炉圧力容器への注水 a. 現場手動操作による高圧代替注水系統起動 非常時運転手 順書II (厳格 「水位確保」 等 AM設備別機 作手順書	電圧	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (SA) は、原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S)	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (S) は、原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (S) (燃料域) は、原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (S) (燃料域) は、原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (S) (燃料域) は、原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (S) (燃料域) は、原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (S) (燃料域) は、原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (S) (燃料域) は、原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (S) (燃料域) は、原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (S) (燃料域) は、原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能。
原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	原子炉圧力 (S) (燃料域) は、原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能。			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力カバンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
				計器数	直後	計器数	直後		
1.2.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (1) 高圧代替注水系による原子炉圧力容器への注水 a. 現場手動操作による高圧代替注水系統起動 非常時運転手 順書II (厳格 「水位確保」 等 AM設備別機 作手順書	電圧	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力カバンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後	計器数	直後		
1.2.2.1 フロントライン系故障時の対応手順 (1) 高圧代替注水系による原子炉圧力容器への注水 a. 現場手動操作による高圧代替注水系統起動 非常時運転手 順書II (厳格 「水位確保」 等 AM設備別機 作手順書	電圧	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。
			原子炉圧力 (S) (燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能。

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価						
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	バウンダリ 分類			補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
事故時運転手順書 (機体ベース)等 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 TRCIC身呈起動) 多様なオペレーター対応手 順 (TRCIC身呈起動(排水 処理))	原子炉圧 力容器内 の水位	補償監視 機能	可搬式原子炉水位計	1	1	③	③	原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	1	1	1			
			可搬型配管計	1	1	③	③	原子炉隔離時冷却系の運 転状態を確認するパラメ ータ	1	1	1			
			原子炉隔離時冷却系タービン 入口圧力	1	1	③	③							
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吸 込圧力	1	1	③	③							

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価						
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 順書II(機体 ベース) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	補償監視 機能	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	①	①	原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	2	2	1			
			原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	①							
			原子炉圧力	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェ ンパ圧力の差圧から原子炉圧力 容器の満水を推定可能	2	2	1			
			サブプレッション・チェンパ圧力	1	1	1	1							
			可搬型計測器	1	1	1	1		1	1	1			
			原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	③	③	原子炉水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価						
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
事故時運転手順書 (機体 ベース)等 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 (TRCICによる原子炉圧 力)	原子炉圧 力容器内 の水位	補償監視 機能	可搬式原子炉水位計	1	1	③	③	原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	1	1	1			
			可搬型配管計	1	1	③	③	原子炉隔離時冷却系の運 転状態を確認するパラメ ータ	1	1	1			
			原子炉隔離時冷却系タービン 入口圧力	1	1	③	③							
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吸 込圧力	1	1	③	③							
			原子炉圧力	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェ ンパ圧力の差圧から原子炉圧力 容器の満水を推定可能	2	2	1			
			サブプレッション・チェンパ圧力	1	1	1	1							
			可搬型計測器	1	1	1	1							
			原子炉水位 (狭帯 域)	3	3	③	③	原子炉水位を 確認するパラメ ータ	1	1	1			
			原子炉圧力	2	2	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びサブプレッション・チェ ンパ圧力の差圧から原子炉圧力 容器の満水を推定可能	2	2	1			
			サブプレッション・チェンパ圧力	1	1	1	1							

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
対応手段 緊急時運転手順 （水圧確保）等 AM設備別運転手順 （注）による原子炉注 水	電源	MFC電圧	1	1	1	③	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1
		原子炉圧力（S/A）	1	1	1	③	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1
異常時運転手 順書II（微修 「水位確保」 等 AM設備別運 作手順書	電源	原子炉圧力（S/A）	4	4	1	①	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1
		原子炉圧力（S/A）	2	2	1	①	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1
異常時運転手 順書II（微修 「水位確保」 等 AM設備別運 作手順書	電源	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	①	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1
		原子炉圧力（S/A）	1	1	1	①	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1
異常時運転手 順書II（微修 「水位確保」 等 AM設備別運 作手順書	電源	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	①	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1
		原子炉圧力（S/A）	1	1	1	①	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1
異常時運転手 順書II（微修 「水位確保」 等 AM設備別運 作手順書	電源	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	①	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1
		原子炉圧力（S/A）	1	1	1	①	原子炉圧力（S/A）	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
1.2.2.2 サボート系統故障時の対応手順 (1) 全交流動力電源喪失及び常時高直流電源系統喪失時の原子炉隔離時冷却系起動 a. 現場手動操作による原子炉隔離時冷却系起動	電源	直流125V主母線電圧	1	1	③	③	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	③	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1
異常時運転手 順書II（微修 「水位確保」 等 AM設備別運 作手順書	電源	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1
		原子炉圧力 (燃料槽)	2	2	①	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
緊急時運転手順 （水圧確保）等 AM設備別運転 手順（注）による 原子炉注水	電源	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1
		原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1
異常時運転手 順書II（微修 「水位確保」 等 AM設備別運 作手順書	電源	原子炉圧力 (S/A)	3	3	①	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1
		原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1
異常時運転手 順書II（微修 「水位確保」 等 AM設備別運 作手順書	電源	原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1
		原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	①	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器名称		計器	SBO	
			計器数	負荷印覆し後 状態			計器数	負荷印覆し後 状態			
重大事故等発生時 監視・検出等 監視・検出等	電圧	AC10kV電圧	1	1	③	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			1	1	③	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
原子炉内 力降下時の 監視	電圧	AC10kV電圧	1	1	③	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			4	4	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			2	2	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器名称		計器	SBO	
			計器数	負荷印覆し後 状態			計器数	負荷印覆し後 状態			
重大事故等発生時 監視・検出等 監視・検出等	電圧	AC10kV電圧	1	1	③	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			4	4	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			2	2	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	計器名称		計器	SBO	
			計器数	負荷印覆し後 状態			計器数	負荷印覆し後 状態			
重大事故等発生時 監視・検出等 監視・検出等	電圧	AC10kV電圧	1	1	③	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			4	4	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			2	2	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO
			3	3	①	1	1	計器名	抽出パラメータを計測する計器	計器	SBO

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	抽出パラメータ分類理由	計器名称		計器数	SBO影響		計器故障等	評価	
			計器名称	計器数			直後	負荷切り離し後						
1.2.4 重大事故等対処設備(設計基準状態)による対応手順 (1)原子炉強制的冷却系による原子炉圧力容器への注水 (機検-6-5) 「水位確保」等	電源	電機	高圧注水系統A電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態を監視するパラメータ	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
				4	4	①	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				3	3	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				2	2	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				3	3	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				2	2	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				3	3	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				3	3	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				3	3	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				3	3	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				3	3	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				3	3	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				3	3	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				3	3	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
				3	3	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)		直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	抽出パラメータ分類理由	計器名称		計器数	SBO影響		計器故障等	評価
			計器名称	計器数			直後	負荷切り離し後					
判断基準(2/2) 非常時運転手 観測II(機検 6-5) 「水位確保」 等 非常時運転手 観測II(停止 時)観測ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確保	純水貯蔵タンク水位	③	1	0	代替淡水原の確保状態を確認するパラメータ	原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							原子炉水位(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータの種類	抽出パラメータ分類理由	計器名称		計器数	SBO影響		計器故障等	評価
							計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後		
判断基準(2/2) 非常時運転手 観測II(機検 6-5) 「水位確保」 等 非常時運転手 観測II(停止 時)観測ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確保	純水貯蔵タンク水位	③	1	0	代替淡水原の確保状態を確認するパラメータ	原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							原子炉水位(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価		
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器設備等	SBO	
事故時運転操作手順書 (機軸ページ) 「水位確保」等	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	SBO影響 区分I直流電源 を延長した場合は 延長した場合は	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	高圧代替注水系統流量	1	区分I直流電源 を延長した場合	計器設備等	監視事項は主要バ ロメータにて確認
					復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位の代替監視可 能		
制御基準 (2/2)	水源の確保	SBO影響 区分II直流電源 を延長した場合は	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	高圧代替注水系統流量(IRR A系代 替注水系統)	1	復水貯蔵槽水位の代替監視可 能	計器設備等	監視事項は主要バ ロメータにて確認
					復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位の代替監視可 能		
制御基準 (2/2)	水源の確保	SBO影響 区分II直流電源 を延長した場合は	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	高圧代替注水系統流量(IRR B系代 替注水系統)	1	復水貯蔵槽水位の代替監視可 能	計器設備等	監視事項は主要バ ロメータにて確認
					復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位の代替監視可 能		
制御基準 (2/2)	水源の確保	SBO影響 区分II直流電源 を延長した場合は	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	高圧代替注水系統流量(IRR C系代 替注水系統)	1	復水貯蔵槽水位の代替監視可 能	計器設備等	監視事項は主要バ ロメータにて確認
					復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位の代替監視可 能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価		
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器設備等	SBO	
非常時運転手 手順書(機軸 ページ) 「水位確保」 等	原子炉水位(広帯 域)	SBO影響 負荷切り離し後	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	原子炉水位(SA広帯域)	1	広帯域的に原子炉容器内の水位 を計測することができ、監視可能	計器設備等	-
					原子炉水位(SA)	1	広帯域的に原子炉容器内の水位 を計測することができ、監視可能		
非常時運転手 手順書(機軸 ページ) 「水位確保」 等	原子炉水位(燃料 域)	SBO影響 負荷切り離し後	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	原子炉水位(燃料域)	2	原子炉容器内の水位を計測 することができ、監視可能	計器設備等	-
					原子炉水位(SA燃料域)	2	原子炉容器内の水位を計測 することができ、監視可能		
AM設備切替 作手順書	原子炉圧力 容器内の 水位	SBO影響 負荷切り離し後	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	原子炉圧力(広帯域)	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)注 水の差圧から原子炉圧力容器の注 水を確認可能	計器設備等	-
					原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)注 水の差圧から原子炉圧力容器の注 水を確認可能		

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価		
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器設備等	SBO	
非常時運転手 手順書(機軸 ページ) 「水位確保」 等	原子炉水位(広帯 域)	SBO影響 負荷切り離し後	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	原子炉水位(SA)	1	広帯域的に原子炉容器内の水位 を計測することができ、監視可能	計器設備等	-
					原子炉水位(SA)	1	広帯域的に原子炉容器内の水位 を計測することができ、監視可能		
AM設備切替 作手順書	原子炉圧力 容器内の 水位	SBO影響 負荷切り離し後	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	原子炉圧力(広帯域)	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)注 水の差圧から原子炉圧力容器の注 水を確認可能	計器設備等	-
					原子炉圧力(SA)	2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)注 水の差圧から原子炉圧力容器の注 水を確認可能		

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	評価									
			計器数	補助パラメータ 分類			計器数	補助パラメータ 分類	計器数	補助パラメータ 分類				計器数	補助パラメータ 分類												
手動時運転操作手順 (運転ベース) 「水位確保」等	1	原子炉圧力	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能									
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	評価
			計器数	補助パラメータ 分類			計器数	補助パラメータ 分類	計器数	補助パラメータ 分類				計器数	補助パラメータ 分類			
対応手段 手動時運転操作 手順Ⅱ (微候 「水位確保」 等)	2	原子炉圧力	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
非常時運転手 順書Ⅱ (停止 時 微候「水 位確保」等)	2	原子炉圧力 (S.A)	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
AM設備別操 作手順書	1	ほう酸水注入ポンプ 吐出圧力	1	③	ほう酸水注入系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
AM設備別操 作手順書	1	純水移送ポンプ吐出 ヘッド圧力	1	③	補給水系の運転 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	評価									
			計器数	補助パラメータ 分類			計器数	補助パラメータ 分類	計器数	補助パラメータ 分類				計器数	補助パラメータ 分類												
手動時運転操作手順 (運転ベース) 「水位確保」等	1	原子炉圧力	2	①	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能									
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
																			原子炉圧力 (S.A)	1	1	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO			
				計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を喪失した場合 を想定した割合		計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を喪失した場合 を想定した割合					
1.2.2.4 重大事故等対処設備（設計基準状態）による対応手順 (運転・ベース) 「水位確保」等	電源	①	M/C D 電圧	1	1	①	併用用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要バ ウンダリにて確認		
			M/C E 電圧	1	1	①	併用用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	1			
			P/C D-1 電圧	1	1	①	併用用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	1			
			P/C E-1 電圧	1	1	①	併用用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	1			
			直流125V 主母線電圧	1	1	①	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1			
			直流125V 子母線電圧	1	1	①	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	1			
			原子炉水位(燃料域)	4	4	①	【原子炉水位(燃料域)】 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	原子炉水位(SA)	1	1		1	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			原子炉水位(広帯域)	3	3	①		原子炉水位(SI)	1	1		1	
			原子炉水位(燃料域)	2	2	①		原子炉水位(S/C)	1	1		1	
			原子炉水位(燃料域)	2	2	①		原子炉水位(S/C)	1	1		1	
原子炉圧力容器内の水位	①	①	①	①	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	①	①	①	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料域の注水流量より代替監視可能				
原子炉圧力容器内の水位	①	①	①	①	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	①	①	①	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料域の注水流量より代替監視可能				
原子炉圧力容器内の水位	①	①	①	①	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	①	①	①	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料域の注水流量より代替監視可能				
原子炉圧力容器内の水位	①	①	①	①	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	①	①	①	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 燃料域の注水流量より代替監視可能				

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO	
				計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を喪失した場合 を想定した割合		計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を喪失した場合 を想定した割合			
非常時運転手 順書Ⅱ(燃料 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧力容器内の水位	①	原子炉水位(SA 広帯域)	1	1	①	【原子炉水位(SA 広帯域)】 原子炉水位(SA 燃料域)	原子炉水位(燃料域)	2	2	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時) 復旧後「 水位確保」 等	原子炉圧力容器内の水位	①	原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①	【原子炉水位(SA 燃料域)】 原子炉水位(SA 燃料域)	原子炉水位(燃料域)	2	2	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
AM設備別機 作手順書	補機監視機能	③	原子炉補機冷却ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	原子炉補機冷却ポンプの運転状態を 確認するパラメータ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			復水貯蔵タンク水位	2	0	③	代替送水原の確 保状態を確認す るパラメータ	2	2	2	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO		
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を喪失した場合 を想定した割合		計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 を喪失した場合 を想定した割合				
非常時運転手 順書Ⅱ(燃料 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧力容器内の水位	①	原子炉水位(SA 広帯域)	1	1	①	【原子炉水位(SA 広帯域)】 原子炉水位(SA 燃料域)	原子炉水位(燃料域)	2	2	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時) 復旧後「 水位確保」 等	原子炉圧力容器内の水位	①	原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①	【原子炉水位(SA 燃料域)】 原子炉水位(SA 燃料域)	原子炉水位(燃料域)	2	2	直線的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
			原子炉水位(SA 燃料域)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2	
AM設備別機 作手順書	補機監視機能	③	原子炉補機冷却ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	原子炉補機冷却ポンプの運転状態を 確認するパラメータ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			復水貯蔵タンク水位	2	0	③	代替送水原の確 保状態を確認す るパラメータ	2	2	2	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	
			原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力	1	1	1	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

監視パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器数	SBO影響		評価
			パラメータ 分類	分組理由		直後	負荷切り直し後		直後	負荷切り直し後	
対峙手段 非常時運転手 手順Ⅱ (既述) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	監視 基準 準 ②	原子炉水位 (広帯域)	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	1	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	1	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		高圧代替注水系統流量	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と熱除熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバインの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン拡張用)	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバインを水源としている系統のうち、運転している系統の注水流量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	1	1	監視事項は主電源バウンダリにて確認
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン拡張用)	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	1	1	監視事項は主電源バウンダリにて確認
		代替循環冷却系原子炉注水流量	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	2	2	2	2	2	
		原子炉隔離時冷却系流量	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	1	1	
		高圧炉心スプレイ系統流量	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	3	0	0	0	0	
		低圧炉心スプレイ系統流量	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	0	0	0	0	
		常設高圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	1	1	
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	2	2	2	2	2	
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	1	1	
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	3	0	0	0	0	
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	0	0	0	0			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

監視パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器数	SBO影響		評価
			パラメータ 分類	分組理由		直後	負荷切り直し後		直後	負荷切り直し後	
対峙手段 非常時運転手 手順Ⅱ (既述) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	監視 基準 準 ②	原子炉圧力容器内の圧力	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と熱除熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能
		原子炉圧力	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバインの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能
		原子炉圧力容器内の圧力	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	3	0	0	0	0	監視事項は主電源バウンダリにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ (図表 「水位確保」 等) AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 バロメータ	原子炉水位 (広帯 域)	3	0	①	—	—	—
		原子炉水位 (燃料 域)	2	1	①	—	—	—
操作 1 2	原子炉内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
監視事項は抽出 バロメータ にて確認	抽出バロメータ	原子炉水位 (S.A.広域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価
			計器数	直後 負荷切り直し後	計器数	直後 負荷切り直し後			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ (図表 「水位確保」 等) AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 バロメータ	原子炉圧力 (広帯 域)	1	0	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (燃料 域)	1	1	①	—	—	—	
操作 1 2 3 4	原子炉内 の水位	原子炉圧力 (S.A.広 域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
監視事項は抽出 バロメータ にて確認	抽出バロメータ	原子炉圧力 (S.A.広 域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	1	1	①	—	—	—	

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	計器故障等	SBO
1.2.2.4 設計基準事故対処設備を使用した対応手順									
(2) 高圧炉心スプレイスによる原子炉圧力容器への注水									
非常時運転手 観望II (観望 「水位確保」 等)	電源	M/C HPCS電圧	1	1	③				
非常時運転手 観望II (停止 時観望ベ ース)		直流125V 主母線電 HPCS電圧	1	1	③				
AM設備別操 作手順書		原子炉水位 (狭 帯)	3	0	③				
		原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	① ①				
		原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1					
		原子炉水位 (S/A狭帯域)	1	1					
		高圧代替注水系系流量	1	1					
		低圧代替注水系系流量	1	1					
		低圧代替注水系系流量 (常設ライン用)	1	1					
		低圧代替注水系系流量 (常設ライン狭帯域用)	1	1					
		低圧代替注水系系流量 (可動ライン用)	1	1					
		低圧代替注水系系流量 (可動ライン狭帯域用)	1	1					
		代替補給冷却系流量	2	2					
		原子炉隔離時冷却系流量	2	2					
		高圧炉心スプレイス系流量	1	1					
		低圧炉心スプレイス系流量	3	0					
		残留熱除去系流量	1	0					
		低圧炉心スプレイス系流量	2	2					
		原子炉圧力	2	2					
		原子炉圧力 (S/A)	1	1					
		サブプレッシャ・チェンバ	1	1					

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータ	計器数	計器名称	計器数	評価	
				計器数	計器数					計器故障等	SBO
緊急時運転手 観望II (水位確保) AM設備別操作 手順書による原子炉		原子炉水位 (狭帯域)	3	0	③						
		原子炉水位 (S/A)	1	1							
		高圧代替注水系系流量	1	1							
		低圧代替注水系系流量	1	1							
		低圧代替注水系系流量 (常設ライン用)	1	1							
		低圧代替注水系系流量 (常設ライン狭帯域用)	1	1							
		低圧代替注水系系流量 (可動ライン用)	1	1							
		低圧代替注水系系流量 (可動ライン狭帯域用)	1	1							
		代替補給冷却系流量	2	2							
		原子炉隔離時冷却系流量	2	2							
		高圧炉心スプレイス系流量	1	1							
		低圧炉心スプレイス系流量	3	0							
		残留熱除去系流量	1	0							
		低圧炉心スプレイス系流量	2	2							
		原子炉圧力	2	2							
		原子炉圧力 (S/A)	1	1							
		サブプレッシャ・チェンバ	1	1							

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロメータ	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		評価	
		計器数	直後	分類	分類理由			計器数	直後		SBO影響
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(廃炉 ベース) 等 非常時運転手 手順書Ⅱ(停止 ベース) 等 停止時原子 炉水位制御 等 AM設備切替 作手順書 (2/2)	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手順等	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手順等	1	1	①	-	原子炉水位 (圧帯域)	2	2	計器故障等	SBO 直接的に原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉冷却材圧力バウンダリへ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な注水流量より原子炉冷却材の代償抽出可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能
							原子炉水位 (燃料床)	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		

①: 重要監視バロメータ, ②: 有線監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

1.2 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手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロメータ	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		評価	
		計器数	直後	分類	分類理由			計器数	直後		SBO影響
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(廃炉 ベース) 等 非常時運転手 手順書Ⅱ(停止 ベース) 等 停止時原子 炉水位制御 等 AM設備切替 作手順書 (2/2)	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手順等	1	1	①	-	-	原子炉水位 (圧帯域)	2	2	計器故障等	SBO 直接的に原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉冷却材圧力バウンダリへ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な注水流量より原子炉冷却材の代償抽出可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能 原子炉冷却材圧力バウンダリ内の水位を計測可能
							原子炉水位 (燃料床)	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		
							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手順等	1	1		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価		
		計器名称	計器数	直後	SBO時		計器名称	計器数	直後
非常時運転手 監視(監視 「水位監視」 等)	原子炉の水位 (燃料池)	原子炉水位(燃料池)	3	0	③	原子炉の水位を 測定するバロメ ータ	—	—	—
		原子炉水位(広帯域)	2	1	①	—	—	—	—
非常時運転手 監視II(停止 監視「停止時原子 炉水位監視」 等)	原子炉の水位 (燃料池)	原子炉水位(燃料池)	2	1	①	—	—	—	—
		原子炉水位(広帯域)	2	1	①	—	—	—	—
AM設備の操 作手続等	原子炉内 の水位	原子炉圧力	2	2	—	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	—	—	—
		サブプレッシャー・チェンバ圧力	2	2	—	—	—	—	—
監視事項は抽 出バロメータ にて確認	原子炉圧力 計器内の 水位	原子炉水位(燃料池)	1	1	—	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	—	—	—
		原子炉水位(広帯域)	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力	2	2	—	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	—	—	—
		サブプレッシャー・チェンバ圧力	2	2	—	—	—	—	—
		原子炉水位(燃料池)	1	1	—	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	—	—	—
		原子炉水位(広帯域)	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力	2	2	—	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	—	—	—
		サブプレッシャー・チェンバ圧力	2	2	—	—	—	—	—
		原子炉水位(燃料池)	1	1	—	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	—	—	—
		原子炉水位(広帯域)	1	1	—	—	—	—	—

①: 重要監視バロメータ, ②: 重要監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	評価	
			計器数	直後	SBO時	計器名称		計器数	直後
非常時運転手 監視(監視 「水位監視」 AM設備の操 作手続等 SILCによる原子炉 監視)	原子炉の水位 (燃料池)	原子炉水位(燃料池)	3	0	③	原子炉の水位を 測定するバロメ ータ	—	—	—
		原子炉水位(広帯域)	2	1	①	—	—	—	—
非常時運転手 監視II(停止 監視「停止時原子 炉水位監視」 等)	原子炉の水位 (燃料池)	原子炉水位(燃料池)	2	1	①	—	—	—	—
		原子炉水位(広帯域)	2	1	①	—	—	—	—
AM設備の操 作手続等	原子炉内 の水位	原子炉圧力	2	2	—	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	—	—	—
		サブプレッシャー・チェンバ圧力	2	2	—	—	—	—	—
監視事項は抽 出バロメータ にて確認	原子炉圧力 計器内の 水位	原子炉水位(燃料池)	1	1	—	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	—	—	—
		原子炉水位(広帯域)	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力	2	2	—	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	—	—	—
		サブプレッシャー・チェンバ圧力	2	2	—	—	—	—	—
		原子炉水位(燃料池)	1	1	—	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	—	—	—
		原子炉水位(広帯域)	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力	2	2	—	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	—	—	—
		サブプレッシャー・チェンバ圧力	2	2	—	—	—	—	—
		原子炉水位(燃料池)	1	1	—	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器	—	—	—
		原子炉水位(広帯域)	1	1	—	—	—	—	—

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

対応手段	項目	項目		項目		項目		項目		項目		備考
		分類	装置名称	設置数	監視	監視		監視		監視		
						原子炉冷却材圧力バウンダリ	監視	監視	監視			
			監視	監視	監視	監視	監視	監視				
	監視項目 (1) 原子炉冷却材圧力バウンダリ監視 (2) 原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	監視項目 (1) 原子炉冷却材圧力バウンダリ監視 (2) 原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視項目は主要「炉内」にて確認
原子炉冷却材圧力バウンダリ監視			監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視項目は主要「炉内」にて確認
	監視項目 (1) 原子炉冷却材圧力バウンダリ監視 (2) 原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	監視項目 (1) 原子炉冷却材圧力バウンダリ監視 (2) 原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視項目は主要「炉内」にて確認
原子炉冷却材圧力バウンダリ監視			監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視項目は主要「炉内」にて確認
	監視項目 (1) 原子炉冷却材圧力バウンダリ監視 (2) 原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	監視項目 (1) 原子炉冷却材圧力バウンダリ監視 (2) 原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視項目は主要「炉内」にて確認
原子炉冷却材圧力バウンダリ監視			監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視項目は主要「炉内」にて確認

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	項目	分類	計器名称	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時			原子炉冷却材圧カバウンダリ低圧時			計器位置等	注
				計器数	位置	負荷印可	計器数	位置	負荷印可		
測定対象 (2/5)	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	2	2	1	2	2	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	監視対象は原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に監視
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	2	2	1	2	2	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	2	2	2	2	2	2	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	1	0	0	1	0	0	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	3	0	0	3	0	0	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	1	0	0	1	0	0	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	2	2	1	2	2	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	2	2	2	2	2	2	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	1	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	
			原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時監視 (監視)	2	2	2	2	2	2	原子炉冷却材圧カバウンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

①直営監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	300設置			300設置			計器	計器数	計器名称	300設置			計器	計器数	計器名称	計器	計器数			
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目				監視項目	監視項目									
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手順等 【水位監視】等	本館の確保	サブレンジション・ブーム系 計器 (SA)	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目			
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目		
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目
			監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目	監視項目

監視項目は主監視パラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

項目	検出手段 監視対象機器等(設備 ・センサー) ・検出項目等	監視用圧力バウンダリ高圧時				監視用圧力バウンダリ低圧時				監視用圧力バウンダリ正常時				注		
		分類	計装名称	計装数	検出項目(注1)	検出項目(注1)	検出項目(注1)	検出項目(注1)	計装名称	計装数	検出項目(注1)	検出項目(注1)	検出項目(注1)		検出項目(注1)	
機 組 3 、 4	監視用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手順等	原子炉出力	原子炉出力 (S/A)	2	1	0	1	1	1	1	1	1	1	1	監視用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手順等	
		原子炉出力 (監視)	原子炉出力 (監視)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視用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手順等
		原子炉出力 (監視)	原子炉出力 (監視)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視用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手順等
		原子炉出力 (監視)	原子炉出力 (監視)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視用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手順等
		原子炉出力 (監視)	原子炉出力 (監視)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視用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手順等
		原子炉出力 (監視)	原子炉出力 (監視)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視用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手順等
		原子炉出力 (監視)	原子炉出力 (監視)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視用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手順等
		原子炉出力 (監視)	原子炉出力 (監視)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視用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手順等
		原子炉出力 (監視)	原子炉出力 (監視)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視用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手順等
		原子炉出力 (監視)	原子炉出力 (監視)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視用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手順等
原子炉出力 (監視)	原子炉出力 (監視)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視用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手順等		

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

①異常監視ハロメータ、②異常監視ハロメータ、③漏洩ハロメータ

項目	監視対象	異常監視ハロメータ		異常監視ハロメータ		監視対象	監視対象	監視対象	監視対象
		異常監視ハロメータ	異常監視ハロメータ	異常監視ハロメータ	異常監視ハロメータ				
原子炉冷却系	原子炉冷却系	原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
原子炉冷却系	原子炉冷却系	原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
原子炉冷却系	原子炉冷却系	原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
原子炉冷却系	原子炉冷却系	原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉冷却系	1	1	1	1	1	1	1

注：() 内は、監視対象のハロメータ番号を示す。

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 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手順等

対応手段	項目	分類	詳細名称	監視用原子炉圧力バウンダリ高圧時			監視用原子炉圧力バウンダリ低圧時			計装設備等
				計装数	設置場所	設置機材	計装数	設置場所	設置機材	
監視用原子炉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手順等	監視用原子炉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手順等	監視用原子炉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手順等	HFCモニタリング監視電圧	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等
			監視用原子炉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手順等	1	1	1	1	1	1	監視用原子炉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手順等

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.2 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手順等

重大事故等対処に係る監視事項
 ①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	分類	計器名称	監視パラメータ			補助パラメータ			計器名称	監視パラメータ			補助パラメータ			計器名称	計器位置
			許容値	許容範囲	許容範囲	許容値	許容範囲	許容範囲		許容値	許容範囲	許容範囲	許容値	許容範囲	許容範囲		
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手順等 (水圧監視)等	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	
	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力 (S/A)	1	1	00			原子炉冷却材圧力 (S/A)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力 (S/A) の異常は原子炉冷却材圧力監視装置により監視可能	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力パワウンダリ 高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	対応手段	原子炉冷却材圧力パワウンダリ 高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等				①重要監視パラメータ				②有効監視パラメータ				③補助パラメータ					
		項目	分類	計器名称	計器数	高度	計器数	高度	計器数	高度	計器数	高度	計器数	高度	計器数	高度			
監視対象 (3 / 3)	緊急時中絶装置 (監視) 「水位監視」等	水漏れの検知	サブプレッション・プール水 位 (SNA)	高圧原子炉冷却材本線量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1			
				原子炉循環時の排水ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
				高圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
				機器冷却ポンプ出口流量	3	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
				低圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
				機器冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				機器冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				機器冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				高圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				機器冷却ポンプ出口流量	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3
				低圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
				機器冷却ポンプ出口流量	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2

注：サブプレッション・プール水 位 (SNA) は、本線量とする部分の流量計と原子炉冷却材本線量の流量計 (SNA) の代り監視を行う。

注：機器冷却ポンプ出口流量は、監視対象は主要なグループにて監視。

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.2 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手順等

項目	検出手段 監視対象監視装置(設備) 「水圧監視」等	監視用アラームを計測する装置			監視用アラームの代替アラームを計測する装置			計測対象等	備考
		種類	検出数	検出時間	種類	検出数	検出時間		
備 考 (2) (4)	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手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
		原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視
原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	1	1	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧監視		

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7 号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

備考

重大事故等対策に係る監視事項

① 重要監視パラメータ、② 重要監視パラメータ、③ 補助パラメータ

項目	内容	計測名称	監視パラメータ		監視パラメータ		監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ		
			計測数	監視数	計測数	監視数															
1.2 原子炉冷却材圧力バウナダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等	監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.2 原子炉冷却材圧力バワンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	補助バウメータを計測する計器			補助バウメータを計測する計器			
			計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	
対応手段 警報発生時監視等 （水位監視等）	水質の確保 (S/N)	サブプレッシャ・プール水 圧 (S/N)	1	1	1	1	1	1	①重要監視バウメータ、②重要監視バウメータ、③補助バウメータ
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
1	1	1	1	1	1				

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
 重大事故等対処に係る監視事項
 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	抽出後	計器名称	計器数	
1.3.2.1 フロントライン系統時の対応手順 事故時運転操作手順書 「減圧冷却」 (例：ベース) 「減圧冷却」	監視監視 異常	高圧炉心圧水ポンプ吐出圧力	2	0	1	①	-
		原子炉冷却材ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	原子炉冷却材ポンプ吐出圧力
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	3	3	1	①	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
 1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	抽出後	計器名称	計器数	
1.3.2.1 フロントライン系統時の対応手順 (1) 代替減圧 a. 手動操作による減圧 非常時運転操作手順書 「減圧冷却」 等	監視監視 異常	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-
		原子炉冷却材ポンプ吐出圧力	3	0	-	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	抽出後	計器名称	計器数	
1.3.2.1 フロントライン系統時の対応手順 (1) 代替減圧 a. 手動操作による減圧 非常時運転操作手順書 「減圧冷却」	監視監視 異常	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	3	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	①	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	3	3	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	①	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	1	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	2	2	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	2	2	0	-	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	-
		高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	1	0	③	高圧炉心スプレッドポンプ吐出圧力	-

備考
 ・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後	
事故時運転手順書 (6号炉) 【急凍防止】	異常時運転転手 順書Ⅱ(微減 圧)	高圧炉心注水ポンプ吐出圧	2	0	1	①	計器故障等 SBO
		高圧炉心注水ポンプ吐出圧力 (6号炉) RPP 吐出ヘッド (7号炉)	3	3	1	①	
異常時運転転手 順書Ⅱ(微減 圧)	異常時運転転手 順書Ⅱ(微減 圧)	低圧炉心注水ポンプ吐出圧	1	1	0	③	計器故障等 SBO
		低圧炉心注水ポンプ吐出ヘッド圧 (6号炉)	1	1	0	③	
異常時運転転手 順書Ⅱ(微減 圧)	異常時運転転手 順書Ⅱ(微減 圧)	低圧炉心注水ポンプ吐出圧力 (7号炉)	3	3	3	③	計器故障等 SBO
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力 (7号炉)	3	3	3	③	
異常時運転転手 順書Ⅱ(微減 圧)	異常時運転転手 順書Ⅱ(微減 圧)	ダイゼン駆動ポンプ出力 圧力	1	1	0	③	計器故障等 SBO
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力 (7号炉)	1	1	0	③	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後		
非常時運転転手 順書Ⅱ(微減 圧) 【減圧冷却】 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広 帯域) 原子炉水位 (SA燃 料域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	計器故障等 SBO
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	
			高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			高圧代替注水系統流量	2	2	2	2	
			原子炉燃料棒冷却系統流量	1	1	1	1	
			高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	
			残留熱除去系統流量	3	0	0	0	
			低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	
			原子炉圧力	2	2	2	2	
サブプレッション・チェンバ ン圧力 (SA)	1	1	1	1				

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後		
事故時運転手順書 (微減 圧) 【減圧冷却】	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広 帯域) 原子炉水位 (SA燃 料域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	計器故障等 SBO
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	
			高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			高圧代替注水系統流量	2	2	2	2	
			原子炉燃料棒冷却系統流量	1	1	1	1	
			高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	
			残留熱除去系統流量	3	0	0	0	
			低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0	
			原子炉圧力	2	2	2	2	
サブプレッション・チェンバ ン圧力 (SA)	1	1	1	1				

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			計器数	区分別		計器数	区分別	
事故時運転監視事項 【柏崎6/7】	機械監視 機能	高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	3	3	①	1	1	1
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
異常時運転監視事項 【東海第二】	機械監視 機能	高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	3	3	①	1	1	1
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

(1) 代替減圧
a. 手動操作による減圧

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			計器数	区分別		計器数	区分別	
異常時運転監視事項 【東海第二】 (急速減圧)	機械監視 機能	高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	0	①	1	1	1
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	3	0	①	0	0	0
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	0	①	0	0	0
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	2	2	①	2	2	2
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	2	2	①	2	2	2
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			計器数	区分別		計器数	区分別	
異常時運転監視事項 【東海第二】 (急速減圧)	機械監視 機能	高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	0	①	1	1	1
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	3	0	①	0	0	0
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	0	①	0	0	0
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	2	2	①	2	2	2
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	2	2	①	2	2	2
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		低圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0
		高圧冷却水(燃料)の注入口圧力	1	1	①	0	0	0

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
1.3.2.3. 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (1) 重要監視パラメータを計測する計器 (2) 重要監視パラメータを計測する計器 (3) 重要監視パラメータを計測する計器 (4) 重要監視パラメータを計測する計器 (5) 重要監視パラメータを計測する計器 (6) 重要監視パラメータを計測する計器 (7) 重要監視パラメータを計測する計器 (8) 重要監視パラメータを計測する計器 (9) 重要監視パラメータを計測する計器 (10) 重要監視パラメータを計測する計器 (11) 重要監視パラメータを計測する計器 (12) 重要監視パラメータを計測する計器 (13) 重要監視パラメータを計測する計器	電源	直流電源 直流電源	1 1	1 1	① ②	1 1	1 1	- -	- -
	電源	交流電源 交流電源	1 1	1 1	③ ④	1 1	1 1	- -	- -
	電源	交流電源 交流電源	2 2	2 2	⑤ ⑥	2 2	2 2	- -	- -
	電源	交流電源 交流電源	2 2	2 2	⑦ ⑧	2 2	2 2	- -	- -
	電源	交流電源 交流電源	1 1	1 1	⑨ ⑩	1 1	1 1	- -	- -
	電源	交流電源 交流電源	3 3	3 3	⑪ ⑫	3 3	3 3	- -	- -
	電源	交流電源 交流電源	1 1	1 1	⑬ ⑭	1 1	1 1	- -	- -
	電源	交流電源 交流電源	2 2	2 2	⑮ ⑯	2 2	2 2	- -	- -
	電源	交流電源 交流電源	1 1	1 1	⑰ ⑱	1 1	1 1	- -	- -
	電源	交流電源 交流電源	2 2	2 2	⑲ ⑳	2 2	2 2	- -	- -
	電源	交流電源 交流電源	1 1	1 1	㉑ ㉒	1 1	1 1	- -	- -
	電源	交流電源 交流電源	2 2	2 2	㉓ ㉔	2 2	2 2	- -	- -

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 ①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ	操作 3 / 4	原子炉圧力容器内の水位 の水位	1	1	①	2	2	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	1	①	2	2	1	1		
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 ①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ	操作 2 / 3	原子炉圧力容器内の水位 の水位	1	1	①	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	1	①	1	1	1	1		
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1
			1	1	①	1	1	1	1		1

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	対象名称	抽出バロメータを計測する計器			補助バロメータ 分類理由	計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後			
対応手段 事故時運転操作手順書 (機操ベース) 異常時運転操作手順書 (AM 用) 参照図表又は パンチカードによる SBO 開放	電源	直流 125V 主母線電圧監視	1	1	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(圧力監視) 原子炉水位(材料監視) 原子炉水位(SA) 原子炉圧力 原子炉圧力 原子炉圧力(圧力監視) 原子炉圧力(材料監視) 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力監視温度	計器故障等	SBO
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	②			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	③			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	④			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	⑤			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	⑥			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	⑦			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	⑧			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	⑨			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	⑩			
異常時運転操作手順書 (機操ベース)	電源	直流 125V 主母線電圧監視	1	1	①	原子炉圧力(SA) 原子炉水位(圧力監視) 原子炉水位(材料監視) 原子炉水位(SA) 原子炉圧力 原子炉圧力(圧力監視) 原子炉圧力(材料監視) 原子炉圧力(SA) 原子炉圧力監視温度	計器故障等	SBO
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	②			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	③			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	④			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	⑤			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	⑥			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	⑦			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	⑧			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	⑨			
		直流 125V 主母線電圧監視	1	1	⑩			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			補助バロメータ 分類理由	計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転操作手順書 (機操ベース) 異常時運転操作手順書 (急速減圧)等	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	原子炉格納容器内の水位	計器故障等	SBO
		原子炉格納容器内の水位	1	1	②			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	③			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	④			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑤			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑥			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑦			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑧			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑨			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑩			
異常時運転操作手順書 (機操ベース)	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	原子炉格納容器内の水位	計器故障等	SBO
		原子炉格納容器内の水位	1	1	②			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	③			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	④			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑤			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑥			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑦			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑧			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑨			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑩			

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			補助バロメータ 分類理由	計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後			
対応手段 異常時運転操作手順書 (機操ベース)	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	1	①	原子炉格納容器内の水位	計器故障等	SBO
		原子炉格納容器内の水位	1	1	②			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	③			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	④			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑤			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑥			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑦			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑧			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑨			
		原子炉格納容器内の水位	1	1	⑩			

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	バロメータ 分類		抽出バロメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響		評価		
			計器数	直後		直後	負荷切り戻し後		計器数	直後		負荷切り戻し後	計器数		直後	負荷切り戻し後
対応手段 事故時運転操作手順書 (機務ベース) M 設備別操作手順書 「代替 SBO 駆動装置に よる SBO 回復」	電圧	直流 125V 主母線投入電圧	1	1	①	直流電圧設備の受電回路	1	1	①	直流電圧設備の受電回路	1	1	1	直線的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能		
		直流 125V 主母線投入電圧	1	1	②	直流電圧設備の受電回路	1	1	②	直流電圧設備の受電回路	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認		
		直流 125V 本電設備 A-2 電圧	1	1	③	を補償するバロメータ	1	1	③	を補償するバロメータ	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認		
		SBO 緊急時強制操作用変圧器 スポンジ吐出圧力	2	2	1	③	主蒸気発生機を確保するバロメ ータ	2	2	1	③	主蒸気発生機を確保するバロメ ータ	2	2	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		SBO 緊急時強制操作用変圧器 スポンジ吐出圧力	2	2	1	③	主蒸気発生機を確保するバロメ ータ	2	2	1	③	主蒸気発生機を確保するバロメ ータ	2	2	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		注水手動 装置	2	2	1	①	注水手動装置の運転状態を 確認するバロメータ	2	2	1	①	注水手動装置の運転状態を 確認するバロメータ	2	2	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		注水手動 装置	2	2	1	①	注水手動装置の運転状態を 確認するバロメータ	2	2	1	①	注水手動装置の運転状態を 確認するバロメータ	2	2	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		注水手動 装置	2	2	1	①	注水手動装置の運転状態を 確認するバロメータ	2	2	1	①	注水手動装置の運転状態を 確認するバロメータ	2	2	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		注水手動 装置	2	2	1	①	注水手動装置の運転状態を 確認するバロメータ	2	2	1	①	注水手動装置の運転状態を 確認するバロメータ	2	2	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		注水手動 装置	2	2	1	①	注水手動装置の運転状態を 確認するバロメータ	2	2	1	①	注水手動装置の運転状態を 確認するバロメータ	2	2	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
注水手動 装置	2	2	1	①	注水手動装置の運転状態を 確認するバロメータ	2	2	1	①	注水手動装置の運転状態を 確認するバロメータ	2	2	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認		

重大事故等対処に係る監視事項
第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	バロメータ 分類		抽出バロメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響		評価	
			計器数	直後		直後	負荷切り戻し後		計器数	直後		負荷切り戻し後	計器数		直後
対応手段 1.3.2.1 フロントライン系統維持時の対応手順 (1) 代替減圧 a. 手動操作による減圧	非常時運転手 順書 (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」	高圧炉心スプレ イ系 ポンプ吐出圧力	1	0	-	消火系の運転状 態を確認するバ ロメータ	-	-	-	消火系の運転状 態を確認するバ ロメータ	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
高圧炉心スプレ イ系 ポンプ吐出圧力		3	0	-	消火系の運転状 態を確認するバ ロメータ	-	-	-	消火系の運転状 態を確認するバ ロメータ	3	3	3	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
低圧炉心スプレ イ系 ポンプ吐出圧力		1	0	-	消火系の運転状 態を確認するバ ロメータ	-	-	-	消火系の運転状 態を確認するバ ロメータ	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
常設低圧代替注 水ポンプ吐出圧 力		2	2	-	消火系の運転状 態を確認するバ ロメータ	-	-	-	消火系の運転状 態を確認するバ ロメータ	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
注水手動 装置の運転状 態		2	2	-	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	-	-	-	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
注水手動 装置の運転状 態		1	1	③	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	③	消火系の運転状 態を確認するバ ロメータ	-	-	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
注水手動 装置の運転状 態		1	1	③	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	③	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	-	-	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
注水手動 装置の運転状 態		1	1	③	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	③	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	-	-	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
注水手動 装置の運転状 態		1	1	③	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	③	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	-	-	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
注水手動 装置の運転状 態		1	1	③	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	③	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	-	-	注水手動装置の 運転状態を確認 するバロメータ	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	バロメータ 分類		抽出バロメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響		評価
			計器数	直後		直後	負荷切り戻し後		計器数	直後		負荷切り戻し後	計器数	
対応手段 事故時運転操作手順書 (機務ベース) 「急減圧」	原子炉冷却 材配管内の 温度 監視機器	原子炉冷却 材配管内の 温度 (SA)	1	1	①	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	-	-	-	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉冷却 材配管内の 温度 (SA)		2	2	①	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	-	-	-	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉冷却 材配管内の 温度 (SA)		2	2	①	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	-	-	-	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉冷却 材配管内の 温度 (SA)		2	2	①	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	-	-	-	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉冷却 材配管内の 温度 (SA)		2	2	①	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	-	-	-	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉冷却 材配管内の 温度 (SA)		2	2	①	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	-	-	-	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉冷却 材配管内の 温度 (SA)		2	2	①	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	-	-	-	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉冷却 材配管内の 温度 (SA)		2	2	①	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	-	-	-	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉冷却 材配管内の 温度 (SA)		2	2	①	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	-	-	-	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉冷却 材配管内の 温度 (SA)		2	2	①	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	-	-	-	原子炉冷却材配 管内の温度を確 認するバロメ ータ	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器	評価
			計器数	バウメータ 分類		
1.3.2.2 サポート系統時の対応手順 (2) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (3) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (4) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (5) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (6) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (7) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (8) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (9) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (10) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行	計器数	1	1	1	-	計器故障等
	バウメータ 分類	1	1	1	-	
1.3.2.2 サポート系統時の対応手順 (2) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (3) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (4) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (5) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (6) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (7) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (8) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (9) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (10) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行	計器数	2	2	2	-	計器故障等
	バウメータ 分類	2	2	2	-	
1.3.2.2 サポート系統時の対応手順 (2) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (3) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (4) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (5) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (6) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (7) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (8) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (9) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行 (10) 過剰減圧防止の取組に必要となる重要作業の遂行	計器数	2	2	2	-	計器故障等
	バウメータ 分類	2	2	2	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器	評価	
		計器数	バウメータ 分類			
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉圧力容器内の水位	計器数	1	1	1	監視事項は抽出バウメータにて確認
		バウメータ 分類	1	1	1	
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉圧力容器内の水位	計器数	2	2	2	監視事項は抽出バウメータにて確認
		バウメータ 分類	2	2	2	

重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器	評価	
		計器数	バウメータ 分類			
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉圧力容器内の水位	計器数	1	1	1	監視事項は抽出バウメータにて確認
		バウメータ 分類	1	1	1	
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉圧力容器内の水位	計器数	2	2	2	監視事項は抽出バウメータにて確認
		バウメータ 分類	2	2	2	

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出バウマータの代償バウマータを計測する計器			抽出バウマータの代償バウマータを計測する計器			計器名称	抽出バウマータ 分類理由	抽出バウマータ 分類	計器名称			計器名称	計測内容	計器故障等	SBO		
		計器数	SBO影響 直後	負荷切リ直し後	計器数	SBO影響 直後	負荷切リ直し後				計器数	SBO影響 直後	負荷切リ直し後						
緊急時運転 運転停止中 アクシデン ト(注水-1)	冷却材圧力バウンダリ	抽出バウマータ	計器数	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	
				原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	3
				原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	3
				原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1
				原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	3
				原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1
				原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1
				原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1
				原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1
				原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1
原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1				

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出バウマータの代償バウマータを計測する計器			抽出バウマータの代償バウマータを計測する計器			計器名称	抽出バウマータ 分類理由	抽出バウマータ 分類	計器名称			計器名称	計測内容	計器故障等	SBO		
		計器数	SBO影響 直後	負荷切リ直し後	計器数	SBO影響 直後	負荷切リ直し後				計器数	SBO影響 直後	負荷切リ直し後						
緊急時運転 運転停止中 アクシデン ト(注水-1)	冷却材圧力バウンダリ	抽出バウマータ	計器数	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2	
				原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	3
				原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	3
				原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2
				原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2
				原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2
				原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2
				原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2
				原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2
				原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2
原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2				

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出バウマータの代償バウマータを計測する計器			抽出バウマータの代償バウマータを計測する計器			計器名称	抽出バウマータ 分類理由	抽出バウマータ 分類	計器名称			計器名称	計測内容	計器故障等	SBO		
		計器数	SBO影響 直後	負荷切リ直し後	計器数	SBO影響 直後	負荷切リ直し後				計器数	SBO影響 直後	負荷切リ直し後						
緊急時運転 運転停止中 アクシデン ト(注水-1)	冷却材圧力バウンダリ	抽出バウマータ	計器数	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2	
				原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	3
				原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	3
				原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1
				原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	3
				原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1
				原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	3	3	3	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	3
				原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1
				原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1
				原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	①	原子炉圧力	1	1	1	①	原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウンダリを計測する計器		抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器		計器名称	抽出バウンダリを計測する計器		計器名称	評価												
			計器数	直後		負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後			計器数	直後	負荷切り直し後									
対応手段 非常時運転手順 (注水-1) 非常時運転手順 (注水-2) 非常時運転手順 (注水-3) 非常時運転手順 (注水-4) 非常時運転手順 (注水-5) 非常時運転手順 (注水-6) 非常時運転手順 (注水-7) 非常時運転手順 (注水-8) 非常時運転手順 (注水-9) 非常時運転手順 (注水-10)	1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (1) 常設直営電源系統喪失時の減圧 a. 可搬型代替直営電源設備による送給し安全弁(自動減圧機能)開放	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器												
													抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウンダリを計測する計器		抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器		計器名称	抽出バウンダリを計測する計器		計器名称	評価												
			計器数	直後		負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後			計器数	直後	負荷切り直し後									
対応手段 非常時運転手 続II (既設 等) 非常時運転手 続III (シビ アアクシデン ト) (注水-1) AM設置別機 作手順書	1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (1) 常設直営電源系統喪失時の減圧 a. 可搬型代替直営電源設備による送給し安全弁(自動減圧機能)開放	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器												
													抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウンダリを計測する計器		抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器		計器名称	抽出バウンダリを計測する計器		計器名称	評価												
			計器数	直後		負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後			計器数	直後	負荷切り直し後									
対応手段 非常時運転手 続III (シビ ア) (注水-1) AM設置別機 作手順書	1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (1) 常設直営電源系統喪失時の減圧 a. 可搬型代替直営電源設備による送給し安全弁(自動減圧機能)開放	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器												
													抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器	抽出バウンダリを計測する計器

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータ 分組理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	負荷切り直し後			計器数	直後	負荷切り直し後	
1.3.2.2 サポート系設備の対応手順 及び安全格納池内電圧監視手順による運転（自動減圧機能）開始	電源	A電圧	1	1	③	抽出バロメータの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-	-	-
		電流125V主母線盤 2	1	1	③						
		電流125V主母線盤 2	1	1	③						
		緊急用減圧125V母線	1	1	③						
		緊急用減圧25V母線	1	1	③						
		緊急用減圧	2	2	③						
		緊急用減圧	2	2	③						
		緊急用減圧	1	0	-						
		緊急用減圧	3	0	-						
		緊急用減圧	1	0	-						
		緊急用減圧	2	2	-						
		緊急用減圧	2	2	-						
1.3.2.2 サポート系設備の対応手順 及び安全格納池内電圧監視手順による運転（自動減圧機能）開始	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	-	-	-	-	-
		原子炉圧力	2	2	①						
		原子炉圧力	2	2	①						
		原子炉圧力	2	2	①						
		原子炉圧力	2	2	①						
		原子炉圧力	2	2	①						
		原子炉圧力	2	2	①						
		原子炉圧力	2	2	①						
		原子炉圧力	2	2	①						
		原子炉圧力	2	2	①						
		原子炉圧力	2	2	①						
		原子炉圧力	2	2	①						

①：重要監視バロメータ。②：有効監視バロメータ。③：補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータ 分組理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	負荷切り直し後			計器数	直後	負荷切り直し後	
1.3.2.2 サポート系設備の対応手順 及び安全格納池内電圧監視手順による運転（自動減圧機能）開始	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	3	3	①	-	-	-	-	-	-
		原子炉圧力	3	3	①						
		原子炉圧力	3	3	①						
		原子炉圧力	3	3	①						
		原子炉圧力	3	3	①						
		原子炉圧力	3	3	①						
		原子炉圧力	3	3	①						
		原子炉圧力	3	3	①						
		原子炉圧力	3	3	①						
		原子炉圧力	3	3	①						
		原子炉圧力	3	3	①						
		原子炉圧力	3	3	①						

①：重要監視バロメータ。②：有効監視バロメータ。③：補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	監視パラメータ					抽出パラメータ			評価		
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	計器数	計器名称	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 a. 非常用蒸気供給系による逃がし安全弁 (自動減圧機能) 駆動源確保 【蒸気供給系から非常用蒸気供給系への切替え】					抽出パラメータの種類	抽出パラメータの種類					
非常時運転手 手順Ⅱ (微候 ベース) [急速減圧] 等	駆動源の 確保	非常用蒸気供給系 給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-
非常時運転手 手順Ⅲ (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	非常用蒸気供給系 給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段 詳細監視事項 (オペ アシスト) [注水-1]	抽出パラメータの種類					抽出パラメータの代替パラメータの種類					評価
	項目	分類	計器数	計器名称	抽出パラメータの種類	項目	分類	計器数	計器名称	抽出パラメータの種類	
①	原子炉冷却材圧力バウンダリ	圧力	1	原子炉冷却材圧力	-	原子炉冷却材圧力	1	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力	-	重要
②	原子炉冷却材圧力バウンダリ	圧力	1	原子炉冷却材圧力	-	原子炉冷却材圧力	1	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力	-	重要
③	原子炉冷却材圧力バウンダリ	圧力	1	原子炉冷却材圧力	-	原子炉冷却材圧力	1	原子炉冷却材圧力	原子炉冷却材圧力	-	重要

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.3.2.2. サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 a. 非常用蒸気供給系による逃がし安全弁（自動減圧機能）駆動源確保 【非常用蒸気供給系高圧蒸気ポンプ切替え】	非常時運転手 順書II（微候 「急減減圧」 等 非常時運転手 順書III（シビ アアクシデン ト） 「注水-1」 AM設備別操 作手順書	非常用蒸気供給系 給圧力	非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-
		非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-
		非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-
		非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状 態を確認するパラメー タ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
事故時運転員順書（シビア アクシデント） 「圧水-1」	原子炉格納 熱交換器冷却材循環系 （圧水） 材料循環率	2	2	1	①	-	[シリア放熱熱交換器] 原子炉圧力	18	0	0	エア放熱熱交換器の上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力 降下時の風 速	2	2	2	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力降下監視（S A）	2	2	1	原子炉本体から原子炉圧力降下監視が断続的に行きと 思われ、断続的監視/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	2	1	①	-	原子炉圧力（S A）	1	1	1	原子炉本体から原子炉圧力降下監視が断続的に行きと 思われ、断続的監視/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	2	2	①	-	原子炉圧力（S A）	1	1	1	原子炉本体から原子炉圧力降下監視が断続的に行きと 思われ、断続的監視/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		2	2	2	①	-	原子炉圧力（S A）	1	1	1	原子炉本体から原子炉圧力降下監視が断続的に行きと 思われ、断続的監視/圧力の関係から原子炉圧力より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 b. 可機内蒸気供給装置(小型)による逃がし安全弁 駆動源確保	非常時運転手 別冊 「急減圧」 等	非常用蒸気供給系供給 圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を 確認するパラメータ	2	-	-
非常時運転手 別冊 「急減圧」 等	非常用蒸気供給系高 圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を 確認するパラメータ	2	-	-	-
非常時運転手 別冊 「注水-1」 AM設備別操作 手順書	補機監視 機能	非常用蒸気供給系供給 圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を 確認するパラメータ	2	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
1.3.2 非常時運転手 別冊「急減圧」 AM設備別操作手順書 【SRV監視確保(電 源)】 補機監視機能 在来手段の 監視(運転 状態)	監視	蒸気供給系供給系供給圧力	2	2	③	蒸気供給系供給系供給圧力	2	-	-
		蒸気供給系供給系高圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	蒸気供給系供給系高圧蒸気ポンプ圧力	2	-	-
		高圧中心スプレインポンプ出口圧力	1	1	0	①	-	-	-
		低圧中心スプレインポンプ出口圧力	3	3	3	①	-	-	-
		低圧中心スプレインポンプ出口圧力	1	1	0	①	-	-	-
		低圧中心スプレインポンプ出口圧力	2	2	2	①	-	-	-
		噴火ポンプ出口圧力	2	2	2	③	噴火ポンプの運転状態を 確認するパラメータ	-	-
		低圧中心スプレインポンプ出口圧力	1	1	0	③	低圧中心スプレインポンプの 運転状態を確認するパラメータ	-	-
		噴火ポンプ出口圧力	1	1	0	③	噴火ポンプの運転状態を確認 するパラメータ	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
1.3.2.2 サポート系故障時の対応手順 (2) 逃がし安全弁の作動に必要な蒸気喪失時の減圧 c. 非常用逃がし安全弁駆動系による逃がし安全弁 (逃がし弁機能) 開放 非常時運転手 手順II (微候 ベース) 「急速減圧」 等 非常時運転手 手順III (シビ アアクアンデン b) 「注水-1」 AM設備引操 作手順書	分類	項目	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
			非常用蒸気供給系供給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	2			2	-
			非常用蒸気供給系高圧蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	2			2	-
			駆動源の確保	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	2			2	-
			非常用逃がし安全弁駆動系供給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	2			2	-
			非常用逃がし安全弁駆動系蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	2			2	-
			非常用逃がし安全弁駆動系供給圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	2			2	-
			非常用逃がし安全弁駆動系蒸気ポンプ圧力	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	2			2	-
			補機監視機能	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	2			2	-
			操作	2	2	③	逃がし安全弁の作動状態を確認するパラメータ	2			2	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
非常時運転手 手順II (微候 ベース) 「急速減圧」 等 非常時運転手 手順III (シビ アアクアンデン b) 「注水-1」 AM設備引操 作手順書	分類	項目	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
			原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (S/A)	1			1	1
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1			1	1
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1			1	1
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1			1	1
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1			1	1
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1			1	1
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1			1	1
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1			1	1
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	1			1	1

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			計器数	SR影響 直後 負荷切り直し後		計器数	SR影響 直後 負荷切り直し後	
1.3.2.4 インターフェイスシステムL/DCA発生時の対応手順 非常時運転手順書II (備忘ベース) 「原子炉理容制御」 1.3.2.4.1 原子炉理容 1.3.2.4.2 原子炉理容 1.3.2.4.3 原子炉理容	異常時運転 II (備忘ベース) II (備忘ベース) II (備忘ベース)	原子炉水位 (広帯域)	3	0	③	—	—	—
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉水位 (燃料帯域)	2	2	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (SA燃料帯域)	1	1	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を算出することができ、監視可能
		原子炉圧力 (SA広帯域)	2	2	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 (SA燃料帯域)	2	2	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 (SA燃料帯域)	2	2	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
異常時運転 II (備忘ベース) II (備忘ベース)	異常時運転 II (備忘ベース) II (備忘ベース)	ドライウエル圧力	1	1	①	8	8	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能
		ドライウエル蒸気温度	8	8	①	1	1	監視可能であればドライウエル蒸気温度の代替監視可能
		ドライウエル蒸気圧力	8	8	①	1	1	監視可能であればドライウエル蒸気圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度の代替監視可能

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			計器数	SR影響 直後 負荷切り直し後		計器数	SR影響 直後 負荷切り直し後	
1.3.2.4 インターフェイスシステムL/DCA発生時の対応手順 非常時運転手順書II (備忘ベース) 「原子炉理容制御」 1.3.2.4.1 原子炉理容 1.3.2.4.2 原子炉理容 1.3.2.4.3 原子炉理容	異常時運転 II (備忘ベース) II (備忘ベース) II (備忘ベース)	原子炉水位 (広帯域)	3	0	③	—	—	—
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉水位 (燃料帯域)	2	2	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (SA燃料帯域)	1	1	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	①	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を算出することができ、監視可能
		原子炉圧力 (SA広帯域)	2	2	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 (SA燃料帯域)	2	2	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力 (SA燃料帯域)	2	2	①	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
異常時運転 II (備忘ベース) II (備忘ベース)	異常時運転 II (備忘ベース) II (備忘ベース)	ドライウエル圧力	1	1	①	8	8	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能
		ドライウエル蒸気温度	8	8	①	1	1	監視可能であればドライウエル蒸気温度の代替監視可能
		ドライウエル蒸気圧力	8	8	①	1	1	監視可能であればドライウエル蒸気圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度の代替監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	監視パラメータ										評価		
	項目	抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器						
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	バウンダリ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後		SBO影響 負荷切り離し後	
非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「原子炉建屋 制御」	操作 (2 / 5)	格納容器 バイパス の監視	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	3	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)	2	2	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
			低圧炉心スプレイレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	-	[エリア放射線モニタ]	21	21	0	エリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
			高圧炉心スプレイレイ系 ポンプ吐出圧力	1	0	0	①	-	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA)	2	2	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
			原子炉隔離時冷却系 ポンプ吐出圧力	1	1	1	①	-	[エリア放射線モニタ]	21	21	0	エリア放射線モニタの上昇により 格納容器バイパスの発生を監視可 能 監視事項は抽出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器										評価	
		項目	抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器					
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	バウンダリ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後		SBO影響 負荷切り離し後
非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「原子炉建屋 制御」	操作 (2 / 5)	格納容器 バイパス の監視	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能
			原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	原子炉圧力容器内の圧力低下により 格納容器バイパスの発生を監視 可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能
			原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器数	計器名称	評価			
			計器数	SDI影響 直後			計器数	計器故障等			SDI 影響	SDI		
非常時運転手 ベースII (微炭 「原子炉建屋 制御」)	機械監視 機能	残留熱除去系ポンプ 吐出圧力	3	0	0	-	-	1	1	-	-	-		
		低圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-		
		高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-		
		常設低圧代替注水 系ポンプ吐出圧力	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-		
		水源の確保 (4/5)	高圧代注水系統流 量	高圧代注水系統流 量	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
				代替循環冷却系原 子炉注水流量	2	2	2	-	-	2	2	2	2	2
				原子炉隔離時冷却 系系統流量	1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
				高圧炉心スプレ イ系系統流量	1	0	0	-	-	1	0	0	0	0
				残留熱除去系系統 流量	3	0	0	-	-	3	0	0	0	0
		水源の確保 (4/5)	サブプレッショ ン・プール水位	常設高圧代替注水 系ポンプ吐出 圧力	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1
代替循環冷却系 ポンプ吐出圧 力	2			2	2	-	-	2	2	2	2	2		
原子炉隔離時冷却 系ポンプ吐出 圧力	1			1	1	-	-	1	1	1	1	1		
高圧炉心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	1			0	0	-	-	1	0	0	0	0		
残留熱除去系 ポンプ吐出圧 力	3			0	0	-	-	3	0	0	0	0		

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器数	計器名称	評価		
				計器数	SDI影響 直後		計器数	計器故障等			SDI 影響	SDI	
事故時運転要領書 (微炭 ベースII) 及び 「原子炉建屋制御」 「過剰し尿全消滅」 「過剰し尿全消滅」 「過剰し尿全消滅」 「過剰し尿全消滅」 「過剰し尿全消滅」 「過剰し尿全消滅」 「過剰し尿全消滅」 「過剰し尿全消滅」 「過剰し尿全消滅」	操作 (1/2)	原子炉圧力 等部内の圧 力	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	①	-	-	1	1	1	
				2	2	2	-	-	2	2	2	2	2
				1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
				2	2	2	-	-	2	2	2	2	2
				1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
				2	2	2	-	-	2	2	2	2	2
				1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
				2	2	2	-	-	2	2	2	2	2
				1	1	1	-	-	1	1	1	1	1
				2	2	2	-	-	2	2	2	2	2

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

監視パラメータ

抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器			評価	SBO		
			計器数	SBO影響	バックアップ	計器数	SBO影響	バックアップ				
1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	5 5	水素の過剰発生による冷却材圧力バウンダリ機能の喪失	低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1

①: 重要監視パラメータ, ②: 重要監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

①: 重要監視パラメータ, ②: 重要監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器			評価	SBO		
			計器数	SBO影響	バックアップ	計器数	SBO影響	バックアップ				
1.3.1.2.1.1 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	5	原子炉冷却材圧力バウンダリ機能の喪失	低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代償注水系統原子炉注水流量 (低圧代償注水系統)	1	1	1	1	1	1	1		1

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <ul style="list-style-type: none"> 設備の相違 【柏崎6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違
--	--------------------------------	---------------------	--

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ、④補助パラメータ

項目	区分	詳細名称	監視パラメータの代表パラメータを記述する注意			監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ	監視パラメータ
			計測機	計測機	計測機															
監視項目 ①重要監視パラメータ ②重要監視パラメータ ③補助パラメータ ④補助パラメータ	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等
	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <ul style="list-style-type: none"> 設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違
--	--------------------------------	---------------------	---

重大事故等対応に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	監視対象	監視項目		監視手段	監視装置	監視位置	監視装置		監視装置	監視装置	監視装置	監視装置
		監視項目	監視手段				監視装置	監視装置				
監視対象 (1~5)	原子炉冷却材圧力バウンダリ	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5	5
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6	6
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	9	9	9	9	9	9	9	9	9	9	9
	原子炉冷却材圧力バウンダリ	10	10	10	10	10	10	10	10	10	10	10

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <ul style="list-style-type: none"> 設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違
--	--------------------------------	---------------------	---

重大事故等対応に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	監視項目	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等		備考
		計器名称	設置数	設置数	設置数	
原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (二式機組監視器)	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等 (二式機組監視器)	原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	2	2	①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	2	2	①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	2	2	①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	2	2	①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	2	2	①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	1	1	1	①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ
		原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等	2	2	2	①重要監視パラメータ、②重要監視パラメータ、③補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			計器仕様等	SBO
			計器数	直後	負荷切り直し後			計器数	直後	負荷切り直し後		
運転手続 緊急時操作要領書(原燃 料)「二次冷却機設置制御」 機 中 4 / 5	低圧部 圧力 計 測 機	低圧部(スプレッド)出口圧力	1	1	0	—	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力計測機内の圧力低下により監視機器ハイスの発生を、監視可能 監視事項は主要バロメータにて監視	
		低圧部(スプレッド)出口圧力	3	3	3	—	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	原子炉圧力計測機内の圧力低下により監視機器ハイスの発生を、監視可能 監視事項は主要バロメータにて監視	
		低圧部(スプレッド)出口圧力	1	1	1	—	[エア]放射線モニタ]	18	0	0	エア放射線モニタの上昇により監視機器ハイスの発生を、監視可能	
		低圧部(スプレッド)出口圧力	1	1	1	—	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力計測機内の圧力低下により監視機器ハイスの発生を、監視可能	
		低圧部(スプレッド)出口圧力	1	1	0	—	原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	原子炉圧力計測機内の圧力低下により監視機器ハイスの発生を、監視可能 監視事項は主要バロメータにて監視	
		低圧部(スプレッド)出口圧力	1	1	0	—	[エア]放射線モニタ]	18	0	0	エア放射線モニタの上昇により監視機器ハイスの発生を、監視可能	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対応に係る監視事項

1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等

項目	項目	分類	計器名称	抽出バウンダリを計測する計器			バウンダリ分類	抽出バウンダリ	計器名称	計器			計器	注
				計器数	直後	長期間予備止機				計器数	直後	長期間予備止機		
対応事故 緊急時冷却系異常 (原核 二次冷却系異常)	機 作 (7 8)	監視 機	機作冷却系熱交換器入口 温度	2	2	2	①	—	原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	2	2	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
			機作冷却系熱交換器出口 温度	2	2	2	①	—	機作冷却系熱交換器入口 温度	2	2	2	2	機作冷却系熱交換器入口温度と熱交換器出口の 温度差により、最終ヒートシンクが確保されていることを 代官監視可能
			機作冷却系熱交換器出口 圧力	2	0	0	①	—	機作冷却系熱交換器出口 流量	2	0	0	0	機作冷却系熱交換器出口流量が確保されていることを 代官監視可能
			機作冷却系熱交換器出口 流量	2	0	0	①	—	機作冷却系熱交換器出口 圧力	2	2	2	2	機作冷却系熱交換器出口圧力が確保されていることを 代官監視可能
			機作冷却系熱交換器出口 圧力	2	0	0	①	—	機作冷却系熱交換器出口 流量	2	0	0	0	機作冷却系熱交換器出口流量が確保されていることを 代官監視可能
			機作冷却系熱交換器出口 流量	2	0	0	①	—	機作冷却系熱交換器出口 圧力	2	2	2	2	機作冷却系熱交換器出口圧力が確保されていることを 代官監視可能
			機作冷却系熱交換器出口 圧力	2	0	0	①	—	機作冷却系熱交換器出口 流量	2	0	0	0	機作冷却系熱交換器出口流量が確保されていることを 代官監視可能
			機作冷却系熱交換器出口 流量	2	0	0	①	—	機作冷却系熱交換器出口 圧力	2	2	2	2	機作冷却系熱交換器出口圧力が確保されていることを 代官監視可能
			機作冷却系熱交換器出口 圧力	2	0	0	①	—	機作冷却系熱交換器出口 流量	2	0	0	0	機作冷却系熱交換器出口流量が確保されていることを 代官監視可能
			機作冷却系熱交換器出口 流量	2	0	0	①	—	機作冷却系熱交換器出口 圧力	2	2	2	2	機作冷却系熱交換器出口圧力が確保されていることを 代官監視可能

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																																																																																																		
		<p style="text-align: center;">重大事故等対処に係る監視事項</p> <p>1.3 原子炉冷却材圧力バウンダリを減圧するための手順等</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">詳細名称</th> <th colspan="2">監視バウンダリを監視する目的</th> <th colspan="2">監視バウンダリを監視する目的</th> <th rowspan="2">監視バウンダリ</th> <th rowspan="2">監視バウンダリ</th> <th rowspan="2">監視バウンダリ</th> <th rowspan="2">監視バウンダリ</th> </tr> <tr> <th>原機</th> <th>原機</th> <th>原機</th> <th>原機</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="15"> 重大事故等発生時（発生 二次事故発生時） 操作 手順 表 8 </td> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>4</td> <td>4</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>6</td> <td>6</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>4</td> <td>4</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>3</td> <td>3</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>1702</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td></td> <td>原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）</td> <td>5</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	詳細名称	監視バウンダリを監視する目的		監視バウンダリを監視する目的		監視バウンダリ	監視バウンダリ	監視バウンダリ	監視バウンダリ	原機	原機	原機	原機	重大事故等発生時（発生 二次事故発生時） 操作 手順 表 8		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	2	0	0	0	—	—	—	—		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	1	0	0	0	—	—	—	—		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	4	4	0	0	—	—	—	—		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	6	6	0	0	—	—	—	—		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	1	1	0	0	—	—	—	—		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	4	4	0	0	—	—	—	—		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	2	2	0	0	—	—	—	—		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	1	1	0	0	—	—	—	—		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	3	3	0	0	—	—	—	—		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	1	1	0	0	—	—	—	—		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	1	1	0	0	—	—	—	—		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	1702	0	0	0	—	—	—	—		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	5	0	0	0	—	—	—	—	<ul style="list-style-type: none"> 設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違
項目	分類	詳細名称				監視バウンダリを監視する目的		監視バウンダリを監視する目的						監視バウンダリ	監視バウンダリ	監視バウンダリ	監視バウンダリ																																																																																																																																				
			原機	原機	原機	原機																																																																																																																																															
重大事故等発生時（発生 二次事故発生時） 操作 手順 表 8		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	2	0	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	1	0	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	4	4	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	6	6	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	1	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	4	4	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	2	2	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	1	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	3	3	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	1	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	1	1	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	1702	0	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											
		原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置（監視装置）	5	0	0	0	—	—	—	—																																																																																																																																											

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		バロメータ分類	補助バロメータ分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	直後				直後	直後		
異常時運転操作手順書(運転ベース)等 AM設備別操作手順書(FFLSR(常設))による原子炉注水	原子炉圧力貯蔵への注水量	復水補給水流量(ORR A系代) (注水流量)	1	1	1	①	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	本型である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		復水補給水流量(ORR B系代) (注水流量)	1	1	1	①	原子炉水位(広帯域)	3	3	燃料供給時に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	
監視監視機能 (注水-1)	水源地の確保	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧	1	1	0	③	復水移送ポンプ吐出ヘッダ圧	1	1	本型である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		復水移送ポンプ吐出圧	3	3	3	①	高圧代替注水系統流量(ORR A系代) (注水流量)	1	1	復水貯蔵槽を水源とする系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可 能	
非常時運転手 順書II(備 ベース)等 非常時運転手 順書III(シ ブ ト)等 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源地の確保	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	0	①	原子炉水位(広帯域)	3	3	注水時の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位での代替監視可能	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		復水移送ポンプ吐出圧	1	1	1	①	低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量	1	1	代替注水貯槽を水源とする系 統のうち、運転している系統の注 水量より、代替注水貯槽水位の代 替監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手 順書II(備 ベース)等 非常時運転手 順書III(シ ブ ト)等 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源地の確保	代替注水貯槽水位	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	代替注水貯槽を水源とする系 統のうち、運転している系統の注 水量より、代替注水貯槽水位の代 替監視可能	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量	2	2	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位、サブプレッジョン・プ ール水位の変化より、代替注水貯 槽水位の代替監視可能	
AM設備別操 作手順書	水源地の確保	原子炉水位(広帯域)	2	2	①	低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	代替注水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替注水貯 槽水位の代替監視可能	
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	①	低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	代替注水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替注水貯 槽水位の代替監視可能	

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		
異常時運転操作手順書(運転ベース)等 AM設備別操作手順書(FFLSR(常設))による原子炉注水	電源	緊急用メタスタ電圧	1	1	③	緊急用メタスタ電圧の受電状態を監視するバロメータ	1	1		
		SAロードセンタ自働電圧	1	1	③	緊急用ロードセンタの受電状態を監視するバロメータ	1	1		
水源地の確保	水源地の確保	低圧原子炉代替注水貯槽水位	1	1	①	代替注水流量(常設)	1	1	低圧原子炉代替注水貯槽を水源とする系統のうち、運転 している系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視 可能	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉水位(広帯域)	2	2	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	注水時の原子炉水位の変化により、低圧原子炉代替注 水貯槽水位の代替監視可能	
水源地の確保	水源地の確保	原子炉水位(SA)	1	1	①	サブプレッジョン・プール水	1	1	注水時の原子炉水位の変化により、低圧原子炉代替注 水貯槽水位の代替監視可能	
		低圧原子炉代替注水貯槽水位	2	2	①	低圧原子炉代替注水貯槽水位	2	2	低圧原子炉代替注水貯槽を水源とする低圧原子炉代替注 水貯槽水位の代替監視可能	

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器故障等		SBO
				計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流通源 を起動した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅱ直流通源 を起動した場合	
事故時運転手順 (操作ベース) 「水位確保」等 AM設置別操作手順書 (BR(0))による原子炉 注水	原子炉圧 力容器へ の注水量	①	サブプレッショ・チェンバ ー水位	1	1	1	1	水源であるサブプレッショ・チェンバ・プール水 位の水位変化より代替監視可能	監視事項は主要ベ ラメータにて確認	
			原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	3 2 1	3 2 1	3 2 1	燃料熱除去に必要水量と原子炉水位の変化により 代替監視可能		
操作 (2 / 2)	補機監視 機能	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (A, B系のみ)	2	1	1	1	サブプレッショ・チェンバを水源とする系統のう ち、運転している系統の注水量よりサブプレッショ ン・チェンバ・プール水位の代替監視可能		
			残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (燃料域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (可搬ライン用) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 (可搬ライン用)	1 1 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	サブプレッショ・チェンバを水源とする系統のボ ンプ吐出圧力により、サブプレッショ・チェンバ・ プール水位が確保されていることを監視可能 監視可能であればサブプレッショ・チェンバ・プ ール水位(使用計器)により代替監視可能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器故障等		SBO
				計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 負荷切り離し後	
非常時運転手 順書Ⅱ(廠内 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	③	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	—	—	—
			原子炉水位(広帯 域)	2	2	① ①	—	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能		
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト) 「注水-1」 等 AM設置別操 作手順書	操 作 (1 / 4)	① ①	高圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	2 2 2	2 2 2	2 2 2	2 2 2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能	監視事項は主要ベ ラメータにて確認	
			原子炉圧力 容器内の水位	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッショ・チェンバ圧 力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器故障等		SBO
				計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 負荷切り離し後	
基本時操作手順書(廠内 「水位確保」等 AM設置別操作 手順書(CWWTによる原子炉注 水)	3 3 3	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	—	3 3 3	3 3 3	3 3 3	3 3 3	1	1	1
								1	1	1
操 作 (1 / 5)	3 3 3	[原子炉水位(燃料域)] [原子炉水位(広帯域)] [原子炉水位(SA)]	—	3 3 3	3 3 3	3 3 3	3 3 3	2	2	2
								2	2	2

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分組理由	計器名称	SBO影響		計器数	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO		
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後					
予知時運転手順書 (メンテナンス) 【注】 AM 運転時操作手順書 (運転による原子炉 圧力)	原子炉圧力 の水位	【原子炉水位(換熱機)】 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	計器数	4	4	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			直後	4	4	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			負荷切り直し後	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			抽出パワメータ 分組	2	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
予知時運転手順書 (運転による原子炉 圧力)	原子炉圧力 の水位	【原子炉水位(換熱機)】 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	計器数	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			直後	3	3	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			負荷切り直し後	2	2	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分組理由	計器名称	SBO影響		計器数	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後				
予知時運転手順書 (運転による原子炉 圧力)	原子炉圧力 の水位	【原子炉水位(換熱機)】 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	計器数	1	1	0	0	0	0	1	1	1	1	1	1
			直後	1	1	0	0	0	0	1	1	1	1	1	1
			負荷切り直し後	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
予知時運転手順書 (運転による原子炉 圧力)	原子炉圧力 の水位	【原子炉水位(換熱機)】 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	計器数	3	3	1	1	1	1	3	3	3	3	3	3
			直後	3	3	1	1	1	1	3	3	3	3	3	3
			負荷切り直し後	2	2	1	1	1	1	2	2	2	2	2	2
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 原子炉冷却材圧力カバウンダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分組理由	計器名称	SBO影響		計器数	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後				
予知時運転手順書 (運転による原子炉 圧力)	原子炉圧力 の水位	【原子炉水位(換熱機)】 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	計器数	1	1	0	0	0	0	1	1	1	1	1	1
			直後	1	1	0	0	0	0	1	1	1	1	1	1
			負荷切り直し後	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
予知時運転手順書 (運転による原子炉 圧力)	原子炉圧力 の水位	【原子炉水位(換熱機)】 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	計器数	3	3	1	1	1	1	3	3	3	3	3	3
			直後	3	3	1	1	1	1	3	3	3	3	3	3
			負荷切り直し後	2	2	1	1	1	1	2	2	2	2	2	2
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
			抽出パワメータ 分組	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数	SBO影響		評価
			計器数	事後			計器数	事後		計器数	事後	
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント 「炉心冷却」) AM設備の運転手順書 「炉水ポンプによる原 子炉注水」	原子炉圧 力容器内 の水位	[原子炉水位(低帯域)] 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉水位(燃料棒)	4	4	原子炉水位(燃料棒)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉水位(広帯域)	3	3	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉水位(SA)	2	2	原子炉水位(SA)	1	1	0	0	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉水位(燃料棒)	1	1	原子炉水位(燃料棒)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	
原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	[原子炉圧力(SA)]	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数	SBO影響		評価
		計器数	事後			計器数	事後				
非常時運転手 続書Ⅰ(低帯 域)「水位確保」 等 非常時運転手 続書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備の操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数	SBO影響		評価
			計器数	事後			計器数	事後				
非常時運転手 続書Ⅰ(低帯 域)「水位確保」 等 非常時運転手 続書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備の操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	2	2	原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		項目	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器名称	計器数		計器名称	計器数	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「BVP制御」 AM 設備別操作手順書 「炉内ポンプによる原 子炉注水」	冷却水抽出系流量 (WRK A 系代 替注水流量) 原子炉圧 力容器へ の注水量	①	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由		
操作 (2 / 2)	冷却水抽出系流量 (WRK B 系代 替注水流量)	①	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由		
操作 (2 / 2)	冷却水抽出系流量 (WRK B 系代 替注水流量)	①	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	
冷却水抽出系流量 (WRK A 系代 替注水流量)	①	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	監視事項は主要バ ラメータにて確認
冷却水抽出系流量 (WRK B 系代 替注水流量)	①	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	監視事項は主要バ ラメータにて確認
冷却水抽出系流量 (WRK B 系代 替注水流量)	①	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	監視事項は主要バ ラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	
冷却水抽出系流量 (WRK A 系代 替注水流量)	①	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	監視事項は主要バ ラメータにて確認
冷却水抽出系流量 (WRK B 系代 替注水流量)	①	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	監視事項は主要バ ラメータにて確認
冷却水抽出系流量 (WRK B 系代 替注水流量)	①	抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	監視事項は主要バ ラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
		計器数	SBO影響 直後 区分Ⅰ直流電源 を延長した場合	計器名称		
事故時運転操作手順書 (シリアリアクシデント) 「BPP制御」 AM設置別操作手順書 「消防車による原子炉 注水」 多岐なハザード対応手 順 「消防車による送水 (原子炉注水)」	原子炉圧 力容器内 の注水量	1	1	復水補給水系統量(OR A系代 替注水流量)	①	計器故障等 SBO 水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 明確熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能 水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 明確熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能
		1	1	復水補給水系統量(OR B系代 替注水流量)	①	計器故障等 SBO 水源である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 明確熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能
	補機監視 機能			可搬型代替注水ポンプの 出力	③	
	水源の確 保			「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認	③ ③	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称		
非常時運転手 順書Ⅱ(敬候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデ ント) 「注水-1」 等 AM設置別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)		計器故障等 SBO 直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		1	1	高圧代替注水系統流量 低圧代替注水系(原子炉注水流 量(常設ライン用)) 低圧代替注水系(原子炉注水流 量(可搬型代替注水用)) 低圧代替注水系(原子炉注水流 量(可搬型代替注水用)) 代替蒸発冷却系(原子炉注水流 量)	① ①	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と明確熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		2	2	原子炉隔熱時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉圧力 サブプレッジョン・チェンバ 圧力		原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称		
事故時運転操作手順書(敬候 ベース) (注：監視項目は、 「注水-1」(可搬型)に よる原子炉注水) 原子炉圧力容器内 の注水量 「注水-1」(可搬型)に よる送水	原子炉圧 力容器内 の注水量	2	2	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)		計器故障等 SBO 直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		1	1	高圧代替注水系統量 低圧代替注水系(原子炉注水流 量(常設ライン用)) 低圧代替注水系(原子炉注水流 量(可搬型代替注水用)) 低圧代替注水系(原子炉注水流 量(可搬型代替注水用)) 代替蒸発冷却系(原子炉注水流 量)	① ①	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と明確熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		2	2	原子炉隔熱時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉圧力 サブプレッジョン・チェンバ 圧力		原子炉圧力、原子炉圧力(SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ 圧力の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類理由	バウメータ 分類	計器数		評価
			計器数	事後 を発生した場合			計器数	事後 を発生した場合	
監視時運転操作手順書 (停止時運転手順書) AM 設備別操作手順書 手順(0)による原子炉 監視(0)による原子炉 監視	原子炉圧力 の監視	【原子炉水位(広域監視)】 【原子炉水位(広域監視)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】	原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類理由	バウメータ 分類	計器数		評価
			計器数	事後 を発生した場合			計器数	事後 を発生した場合	
監視時運転操作手順書 (停止時運転手順書) AM 設備別操作手順書 手順(0)による原子炉 監視(0)による原子炉 監視	原子炉圧力 の監視	【原子炉水位(広域監視)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】	原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類理由	バウメータ 分類	計器数		評価
			計器数	事後 を発生した場合			計器数	事後 を発生した場合	
監視時運転操作手順書 (停止時運転手順書) AM 設備別操作手順書 手順(0)による原子炉 監視(0)による原子炉 監視	原子炉圧力 の監視	【原子炉水位(広域監視)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(燃料棒)】	原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能
			原子炉水位(SA)	1	1	①	1	1	監視項目は主要な バウメータにて監視 可能

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 直後	区分Ⅱ直流電源 を発生した場合	計器名称	計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流電源 直後	区分Ⅱ直流電源 を発生した場合	計器故障等	SBO
非常時運転手順書(備後) (SP) 原子炉水位・温度制御 AM 設備別操作手順書 「RHR(O)による原子炉冷却」 「RHR(B)による原子炉冷却」	原子炉圧力容器内の温度	①	原子炉圧力容器温度	2	2	2	原子炉圧力	3	3	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力により代替監視可能		
			残留熱除去系熱交換器入口温度(A, B系のみ)	2	1	1	残留熱除去系熱交換器入口温度	3	3	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度により代替監視可能		
非常時運転手順書(備後) (SP) 原子炉水位・温度制御 AM 設備別操作手順書 「注水-1」 「注水-2」	最終ヒーティングの確保	①	残留熱除去系熱交換器出口温度(A, B系のみ)	2	1	1	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	2	残留熱除去系熱交換器出口温度と熱交換器ユニットの熱交換量計値より代替監視可能		
			原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	2	2	原子炉圧力バウンダリの水位	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位を監視することにより代替監視可能		
非常時運転手順書(備後) (SP) 原子炉水位・温度制御 AM 設備別操作手順書 「注水-1」 「注水-2」	原子炉圧力バウンダリの水位	③	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位を監視することにより代替監視可能		
			原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位を監視することにより代替監視可能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書(備後) (SP) 原子炉水位・温度制御 AM 設備別操作手順書 「注水-1」 「注水-2」	原子炉圧力容器内の水位	③	原子炉圧力容器内の水位	3	3	3	原子炉圧力	3	3	原子炉圧力容器内の水位を監視することにより代替監視可能		
			原子炉圧力容器内の水位	3	3	3	原子炉圧力	3	3	原子炉圧力容器内の水位を監視することにより代替監視可能		
非常時運転手順書(備後) (SP) 原子炉水位・温度制御 AM 設備別操作手順書 「注水-1」 「注水-2」	原子炉圧力バウンダリの水位	①	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位を監視することにより代替監視可能		
			原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位を監視することにより代替監視可能		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手順書(備後) (SP) 原子炉水位・温度制御 AM 設備別操作手順書 「注水-1」 「注水-2」	原子炉圧力バウンダリの水位	③	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位を監視することにより代替監視可能	
			原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	2	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位を監視することにより代替監視可能	
非常時運転手順書(備後) (SP) 原子炉水位・温度制御 AM 設備別操作手順書 「注水-1」 「注水-2」	原子炉圧力バウンダリの水位	①	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位を監視することにより代替監視可能	
			原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位を監視することにより代替監視可能	
非常時運転手順書(備後) (SP) 原子炉水位・温度制御 AM 設備別操作手順書 「注水-1」 「注水-2」	原子炉圧力バウンダリの水位	③	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位を監視することにより代替監視可能	
			原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリの水位を監視することにより代替監視可能	

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後		計器数	直後	
事故時運転操作手順書 (機体ベース)等 「水位確保」等	原子炉圧 力容器の 注水量	残留熱除去系統流量	3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
機体ベース	機体ベース	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ ールの水位	1	1	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
		計器数	直後		計器数	直後	
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 a. 復旧 (a) 残留熱除去系 (低圧注水系) 電源復旧後の原子炉圧力容器への注水	原子炉圧 力容器内 の水位	3	3	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
非常時運転手 順書II (機体 ベース)等 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (低帯)	0	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料 棒)	2	2	①	2	2
非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) 「注水-1」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (低帯)	1	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料 棒)	2	2	①	2	2
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (低帯)	1	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料 棒)	2	2	①	2	2

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (機体ベース)等 「水位確保」等 「注水-1」による原子炉注 水	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (低帯)	0	③	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	
		原子炉水位 (燃料 棒)	2	2	①	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認
機体ベース	機体ベース	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	1	①	3	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ ールの水位	1	1	①	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	計器影響		計器数	計器名称	計器数	SBO影響		計器数	計器名称	計器数	計器影響	SBO
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後					
1.4.5.3 重大事故等対処期間(炉内温度監視)による炉内温度監視(監視項目)	[炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視]	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	計器影響		計器数	計器名称	計器数	SBO影響		計器数	計器名称	計器数	計器影響	SBO
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後					
1.4.5.3 重大事故等対処期間(炉内温度監視)による炉内温度監視(監視項目)	[炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視]	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	計器影響		計器数	計器名称	計器数	SBO影響		計器数	計器名称	計器数	計器影響	SBO
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後					
1.4.5.3 重大事故等対処期間(炉内温度監視)による炉内温度監視(監視項目)	[炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視] [炉内温度監視]	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1
		原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	1	1	1

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
非常時運転手 手順Ⅱ（攪拌 ベース） 「水位確保」 等	原子炉注 力稼働中 の低圧	[原子炉冷却材(低水位)] [原子炉冷却材(低水位)] [原子炉冷却材(低水位)] [原子炉冷却材(低水位)] [原子炉冷却材(低水位)] [原子炉冷却材(低水位)] [原子炉冷却材(低水位)] [原子炉冷却材(低水位)] [原子炉冷却材(低水位)] [原子炉冷却材(低水位)]	4	1	1	1	1	1	監視対象は主要パ ラメータにて確認
			3	1	1	1	1	1	監視対象は主要パ ラメータにて確認
			2	1	1	1	1	1	監視対象は主要パ ラメータにて確認
			2	1	1	1	1	1	監視対象は主要パ ラメータにて確認
			2	1	1	1	1	1	監視対象は主要パ ラメータにて確認
			2	1	1	1	1	1	監視対象は主要パ ラメータにて確認
			2	1	1	1	1	1	監視対象は主要パ ラメータにて確認
			2	1	1	1	1	1	監視対象は主要パ ラメータにて確認
			2	1	1	1	1	1	監視対象は主要パ ラメータにて確認
			2	1	1	1	1	1	監視対象は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
非常時運転手 手順Ⅱ（攪拌 ベース） 「水位確保」 等	原子炉注 力稼働中 の低圧	サブプレッショ ン・プ ール水位 の確保	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			0	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			3	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			3	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
非常時運転手 手順Ⅱ（攪拌 ベース） 「水位確保」 等	原子炉注 力稼働中 の低圧	サブプレッショ ン・プ ール水位 の確保	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			3	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			3	3	3	3	3	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO	
事故時運転操作手順書 (運転ベーク、 機圧冷却)等 事故時運転操作手順書 (停止時冷却ベーク) (SFP 原子炉水位・温 度制御)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	3	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度状態にお と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉圧力容器温度	2	2	原子炉圧力 (SA)	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度状態にお と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能		
	機圧ヒー トシシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	
	機圧ヒー トシシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	
	機圧ヒー トシシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	
	機圧ヒー トシシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	
機圧ヒー トシシク の確保	残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	残留熱除去系熱交換器出口温 度	3	3	3	原子炉圧力 (SA)	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO
対処手段 非常時運転手 順書Ⅱ (機圧 ベーク) 等 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅲ (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-	
	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO
対処手段 非常時運転手 順書Ⅱ (機圧 ベーク) 等 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅲ (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-
		原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	-	
	原子炉水位 (機圧ベーク)	3	3	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		

備考
 ・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウナダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		抽出パラメータ	計器名称	計器数	SBO影響		評価
		直後	負荷切り離し後	分類	分類理由				直後	負荷切り離し後	
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a、後田 a、(b) 低圧中心スプレイズ系電源復旧後の原子炉圧力容器への注水 非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース)「水位確保」等 非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデン)「注水-1」等 AM設備別製作手順書	原子炉圧力容器内の水位	3	0	③	原子炉の水位を確保するパラメータ	原子炉水位 (S.A.広帯域)	—	—	—	—	—
		3	0	③	原子炉水位 (S.A.燃料域)	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		2	2	①	—	高圧代替注水系統流量	高圧代替注水系統流量	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と排熱除去法に必要なた水量より原子炉水位の代替監視が可能
		2	2	①	—	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と排熱除去法に必要なた水量より原子炉水位の代替監視が可能
		2	2	①	—	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と排熱除去法に必要なた水量より原子炉水位の代替監視が可能
		2	2	①	—	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と排熱除去法に必要なた水量より原子炉水位の代替監視が可能
		2	2	①	—	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と排熱除去法に必要なた水量より原子炉水位の代替監視が可能
		2	2	①	—	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と排熱除去法に必要なた水量より原子炉水位の代替監視が可能
		2	2	①	—	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と排熱除去法に必要なた水量より原子炉水位の代替監視が可能
		2	2	①	—	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と排熱除去法に必要なた水量より原子炉水位の代替監視が可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 原子炉冷却材圧力バウナダリ低圧時に発電用原子炉を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータ		抽出パラメータ	計器名称	計器数	SBO影響		評価
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後	
1.4.2.1 発電用原子炉運転中における対応手順 (2) サポート系故障時の対応手順 a、後田 a、(b) 低圧中心スプレイズ系電源復旧後の原子炉圧力容器への注水 非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース)「水位確保」等 非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデン)「注水-1」等 AM設備別製作手順書	原子炉圧力容器内の水位	—	—	—	—	原子炉水位 (S.A.広帯域)	—	—	—	—	—
		—	—	—	—	原子炉水位 (S.A.燃料域)	—	—	—	—	—
		—	—	—	—	高圧代替注水系統流量	—	—	—	—	—
		—	—	—	—	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	—	—	—	—	—
		—	—	—	—	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用)	—	—	—	—	—
		—	—	—	—	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	—	—	—	—	—
		—	—	—	—	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	—	—	—	—	—
		—	—	—	—	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	—	—	—	—	—
		—	—	—	—	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	—	—	—	—	—
		—	—	—	—	低圧代替注水系統流量 (可搬ライン用) 狭帯域用	—	—	—	—	—

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対心手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書III (シビ アアラシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	分類									
	電源									
	補助パラメータ 分類	補助理由	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	SBO
	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-	-	-	-
	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-	-	-	-
	③	緊急用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-	-	-	-
	③	緊急用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-	-	-	-
	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-	-	-	-
	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対心手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書III (シビ アアラシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	分類									
	電源									
	補助パラメータ 分類	補助理由	計器数 <td>直後</td> <td>負荷切り離し後</td> <td>計器名称 <td>計器数 <td>直後</td> <td>負荷切り離し後</td> <td>SBO</td> </td></td>	直後	負荷切り離し後	計器名称 <td>計器数 <td>直後</td> <td>負荷切り離し後</td> <td>SBO</td> </td>	計器数 <td>直後</td> <td>負荷切り離し後</td> <td>SBO</td>	直後	負荷切り離し後	SBO
	③	非常用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-	-	-	-
	③	非常用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-	-	-	-
	③	緊急用M/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-	-	-	-
	③	緊急用P/Cの受 電状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-	-	-	-
	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-	-	-	-
	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	-	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	分類	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO影響		計器故障等	SBO	
						直後	負荷切り離し後			
対芯手段 非常時運転手順書II(微候ベース)「水位確保」等 非常時運転手順書III(シビアアクシデント)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	判断基準(4/4) 水源の確保	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			高圧代替注水系統流量	2	2	2	2	2		サブプレッション・チェンバを水源としていたる系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッション・プールの水位の代替監視可能
			代替循環冷却系原子炉注水流量	1	1	1	1	1		
			原子炉隔離時冷却系統流量	1	0	0	0	0		
			高圧炉心スプレイ系統流量	3	0	0	0	0		
			残留熱除去系統流量	1	0	0	0	0		
			低圧炉心スプレイ系統流量	1	1	1	1	1		
			常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1		
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2		
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1		
高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0					
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0					
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0					

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

1.4 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手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
	分類	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	SBO影響		計器故障等	SBO	
						直後	負荷切り離し後			
重大事故等対処に係る監視事項 1.4 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手順等	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要計器にて確認	
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力に代り、高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視を行うこととする。
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2		
備考 1 2 3 4	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	計器故障等	監視事項は主要計器にて確認	
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力に代り、高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力の監視を行うこととする。
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1		
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2		

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
対応手段 非常時運転手 (入) (水位確保) 等 非常時運転手 アラート (シビ アラート) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書 (2 3)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直後に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 に注水が停止した場合は、監視 可能な原子炉水位の代替監視 にて確認 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	2	2	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	2	2	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	2	2	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	2	2	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	2	2	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	2	2	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
対応手段 非常時運転手 (入) (水位確保) 等 非常時運転手 アラート (シビ アラート) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書 (2 3)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直後に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 に注水が停止した場合は、監視 可能な原子炉水位の代替監視 にて確認 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	2	2	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	2	2	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	2	2	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	2	2	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	2	2	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	
		原子炉圧力 (S.A.燃 料域)	2	2	原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器故障等		SBO
		計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後	
非常時運転手 手順II(微検 等) 「水位確保」 等 非常時運転手 アラーム(シビ アラーム) 等 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量	1	0	①		1	0	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	1	0	-		1	0	-	-	-	-
水漏れの確 保	サブプレッショ ン・プール水位	1	1	①		1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	高圧代替注水 系統流量	1	1			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	代替補機冷却系 原子炉注水流量	2	2			2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉隔離時 冷却系統流量	1	1			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	高圧中心スプレ イ系統流量	1	0			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	残留熱除去系 系統流量	3	0			3	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	低圧中心スプレ イ系統流量	1	0			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	常設高圧代替注 水系統流量	1	1			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	代替補機冷却系 ポンプ吐出圧力	2	2			2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉隔離時 冷却ポンプ吐出 圧力	1	1			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	高圧中心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	1	0			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	残留熱除去系 ポンプ吐出圧力	3	0			3	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	低圧中心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	1	0			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.4 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手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器故障等		SBO
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後	
監視事項 2 / c)	原子炉圧力 容器の注水量	原子炉圧力 容器へ注水 量	1	0	①		1	0	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	-		1	0	-	-	-	-
	高圧代替注水 系統流量	1	1			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	代替補機冷却系 原子炉注水流量	2	2			2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉隔離時 冷却系統流量	1	1			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	高圧中心スプレ イ系統流量	1	0			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	残留熱除去系 系統流量	3	0			3	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	低圧中心スプレ イ系統流量	1	0			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	常設高圧代替注 水系統流量	1	1			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	代替補機冷却系 ポンプ吐出圧力	2	2			2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	原子炉隔離時 冷却ポンプ吐出 圧力	1	1			1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	高圧中心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	1	0			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	残留熱除去系 ポンプ吐出圧力	3	0			3	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	低圧中心スプレ イ系ポンプ吐出 圧力	1	0			1	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.4 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手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転手 アラート アラート 「注水-4」 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広 帯域)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 の注水流量と貯熱除去に必要な 水量より原子炉水位の代替監視 はパラメータ にて確認 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	
原子炉格 納容器下部水温	①	10	10	原子炉格納容器下部水温	10	10	原子炉格納容器下部水温を計測することができ、監視可能	
緊急用M/C電圧	③	1	1	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/C電圧を計測することができ、監視可能	
緊急用P/C電圧	③	1	1	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/C電圧を計測することができ、監視可能	
緊急用直流125V主母 線電圧	③	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧を計測することができ、監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	
対応手段 非常時運転手 アラート アラート 「注水-4」 AM設備別機 作手順書	原子炉格 納容器内 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広 帯域)	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系 の注水流量と貯熱除去に必要な 水量より原子炉水位の代替監視 はパラメータ にて確認 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (SA燃 料域)	7	7	原子炉水位 (燃料域)	7	7	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		原子炉水位 (SA燃 料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
原子炉格 納容器下部水温	①	10	10	原子炉格納容器下部水温	10	10	原子炉格納容器下部水温を計測することができ、監視可能	
緊急用M/C電圧	③	1	1	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/C電圧を計測することができ、監視可能	
緊急用P/C電圧	③	1	1	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/C電圧を計測することができ、監視可能	
緊急用直流125V主母 線電圧	③	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧を計測することができ、監視可能	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違