



審査基準、基準規則と対処設備との対応表(2/2)

重大事故等対処設備を使用した手段 審査基準の要求に適合するための手段				自主対策					
機能	機器名称	既設 新設	解釈 対応番号	機能	機器名称	常設 可兼	必要時間内に 使用可能か	対応可能な人数 で使用可能か	備考
他チャンネル による計測	主要パラメータの他 チャンネルの重要計器	既設 新設	① ② ⑤	他チャンネル による計測	主要パラメータの他チャ ンネルの常用計器	常設	-	-	-
	-	-			-	-	-	-	-
代替パラメータ による推定	重要代替計器	既設 新設	① ③ ④ ⑦ ⑨ ⑩	代替パラメータ による推定	常用代替計器	常設	-	-	-
	-	-			-	-	-	-	-
可兼型計測器 による計測	可兼型計測器	新設	① ⑥ ⑭	-	-	-	-	-	-
	-	-			-	-	-	-	-
代替電源(直電) からの給電	所内蓄電式直電電源設備	既設 新設	① ⑥ ⑭	代替電源(直電) からの給電	直流給電車及び 可兼型代替交流電源設備	可兼	-	-	手順は「1.14 電源の確保に 関する手順 等」にて整備 する。
	可兼型直電電源設備	新設			-	-	-	-	
代替電源(交電) からの給電	常設代替交流電源設備	新設	① ⑥ ⑭	代替電源(交電) からの給電	第二代替交流電源設備	常設	-	-	-
	可兼型代替交流電源設備	新設			-	-	-	-	
パラメータ記録	安全パラメータ表示シ ステム(SPDS)(デー タ伝送装置、緊急時 対策支援システム伝送装 置、SPDS表示装置)	既設 新設	① ⑤ ⑭	パラメータ 記録	プロセス計算機	常設	-	1名	自主対策とする 理由は本文 参照
	-	-			-	-	-	-	-

審査基準、基準規則と対処設備との対応表(2/4)

重大事故等対処設備を使用した手段 審査基準の要求に適合するための手段				自主対策設備		
手段	機器名称	既設 新設	解釈 対応番号	備考	手段	機器名称
他チャンネル による計測	主要パラメータの他チャ ンネルの重要計器	既設 新設	① ② ⑦ ⑧	-	他チャンネル による計測	主要パラメータの他チャ ンネルの常用計器
代替パラメータ による推定	重要代替計器	既設 新設	① ③ ④ ⑦ ⑨ ⑩	-	代替パラメータ による推定	常用代替計器
可兼型計測器 による計測	可兼型計測器	新設	① ⑥ ⑭	-	-	-
代替電源(直電) からの給電	常設代替交流電源設備	新設	① ⑥ ⑭	-	-	-
代替電源(交電) からの給電	可兼型代替交流電源設備	新設	-	-	-	-
代替電源(交電) からの給電	所内常設直電電源設備	新設	① ⑥ ⑭	-	-	-
代替電源(交電) からの給電	常設代替直電電源設備	新設	-	-	-	-
代替電源(交電) からの給電	可兼型代替直電電源設備	新設	-	-	-	-
パラメータ記録	安全パラメータ表示シ ステム(SPDS) (データ伝送装置、緊急時 対策支援システム伝送装 置、SPDSデータ表示装 置)	新設	① ⑤ ⑭	-	パラメータ 記録	プロセス計算機  記録計

審査基準、基準規則と対処設備との対応表(2/5)

重大事故等対処設備を使用した手段 審査基準の要求に適合するための手段				自主対策					
機能	機器名称	既設 新設	解釈 対応番号	機能	機器名称	常設 可兼	必要時間内に 使用可能か	対応可能な人数 で使用可能か	備考
他チャンネル による計測	主要パラメータの他 チャンネルの重要計 器	既設 新設	① ② ⑦ ⑧	他チャンネル による計測	主要パラメータの他 チャンネルの常用計 器	常設	-	-	-
	-	-			-	-	-	-	-
代替パラメータ による推定	重要代替計器	既設 新設	① ③ ④ ⑦ ⑨ ⑩	代替パラメータ による推定	常用代替計器	常設	-	-	-
	-	-			-	-	-	-	-
可兼型計測器 による計測	可兼型計測器	新設	① ⑥ ⑭	-	-	-	-	-	-
	-	-			-	-	-	-	-
代替電源(直電) からの給電	所内常設蓄電式直電 電源設備	新設	① ⑥ ⑭	代替電源(直電) からの給電	直流給電車	可兼	-	-	手順は「1.14 電源の確保に 関する手順等」 にて整備 する。
	常設代替直電電源 設備	新設			-	-	-		
	可兼型直電電源 設備	新設			-	-	-		
代替電源(交電) からの給電	常設代替交流電源 設備	新設	① ⑥ ⑭	代替電源(交電) からの給電	号が関電力融通電気 設備	常設 可兼	-	-	-
	可兼型代替交流 電源設備	新設			-	-	-		
	代替所内電気 設備	新設			-	-	-		
設計管理事故対処 設備と重大事故等 対処設備との給電	常設代替直電電源 設備	新設	① ⑥ ⑭	-	-	-	-	-	-
パラメータ記録	安全パラメータ表示 システム(SPDS) (SPDSデータ取 集サーバ、SPDS 伝送サーバ、SPD Sデータ表示装置)	新設	① ⑤ ⑭	パラメータ 記録	運転監視用計算機 中央性審査記録計	常設	-	-	自主対策 とする理 由は本文 参照
	-	-			-	-	-	-	-

・設備の相違  
【柏崎 6/7】  
②, ⑤, ⑩の相違  
島根 2号炉は、運転  
監視用計算機が自動で  
帳票印刷するため、中  
央制御室運転員による  
帳票印刷の操作手順書  
の記載なし  
【東海第二】  
③の相違  
・運用の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
⑱の相違  
・設備及び運用の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
⑳の相違



審査基準、基準規則と対処設備との対応表 (4 / 4)

技術的能力審査基準 (1.15)	適合方針
	なお、代替パラメータの優先順位及び推定方法を第1.15-3表に示す。
c) 原子炉格納容器内の温度、圧力、水位、水素濃度及び放射線量率など想定される重大事故等の対応に必要なパラメータが計測又は監視及び記録できること。	原子炉格納容器内の温度、圧力、水位、水素濃度及び放射線量率等想定される重大事故等の対応に必要な重要監視パラメータ及び重要代替監視パラメータの計測結果を安全パラメータ表示システム (SPDS) 及びデータ表示装置により計測又は監視及び記録する手順を整備する。 また、複数の計測結果を計算により推定するパラメータの値及び可搬型計測器により計測した値 (換算表等を用いた換算結果) を記録用紙に記録する手順を整備する。
d) 直流電源喪失時に、特に重要なパラメータを計測又は監視を行う手順等 (テスター又は換算表等) を整備すること。	監視する計器に供給する計器電源が喪失し、監視機能が喪失した場合に、代替電源設備として常設代替交流電源設備である常設代替高圧電源装置、可搬型代替交流電源設備である可搬型代替低圧電源車並びに可搬型代替直流電源設備である可搬型代替低圧電源車及び可搬型整流器から、計器へ給電する手順を整備する。 また、代替電源設備が喪失し計測に必要な計器電源が喪失した場合は、特に重要なパラメータとして、重要監視パラメータ及び重要代替監視パラメータを可搬型計測器により計測又は監視する手順を整備する。 なお、電源の供給に関する手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。

審査基準、基準規則と対処設備との対応表 (4 / 5)

技術的能力審査基準 (1.15)	適合方針
b) 発電用原子炉施設の状態の把握能力 (最高計測可能温度等) を超えた場合の発電用原子炉施設の状態を推定すること。	重要監視パラメータ又は有効監視パラメータ (原子炉圧力容器内の温度、圧力及び水位、原子炉圧力容器及び原子炉格納容器への注水量等) の計測が困難になった場合又は計測範囲を超えた場合は、当該パラメータの他チャンネルによる計測、代替パラメータによる推定及び可搬型計測器により計測する手順を整備する。 また、重要代替監視パラメータが複数ある場合は、推定する重要監視パラメータとの関係性、検出器の種類及び使用環境条件を踏まえた確からしさを考慮し、優先順位を定める。 なお、代替パラメータの優先順位及び推定方法を第1.15-3表に示す。
i) 原子炉圧力容器内の温度、圧力及び水位を推定すること。	
ii) 原子炉圧力容器及び原子炉格納容器への注水量を推定すること。	
iii) 推定するために必要なパラメータについて、複数のパラメータの中から確からしさを考慮し、優先順位を定めておくこと。	
c) 原子炉格納容器内の温度、圧力、水位、水素濃度及び放射線量率など想定される重大事故等の対応に必要なパラメータが計測又は監視及び記録ができること。	原子炉格納容器内の温度、圧力、水位、水素濃度、放射線量率等想定される重大事故等の対応に必要な重要監視パラメータ及び重要代替監視パラメータの計測結果を安全パラメータ表示システム (SPDS) 及びデータ表示装置により計測又は監視及び記録する手順を整備する。 また、複数の計測結果を計算により推定するパラメータの値、現場操作時のみ監視する現場の指示値及び可搬型計測器により計測した値 (換算表等を用いた換算結果) を記録用紙に記録する手順を整備する。

【(4 / 5)の引用】

審査基準、基準規則と対処設備との対応表 (5 / 5)

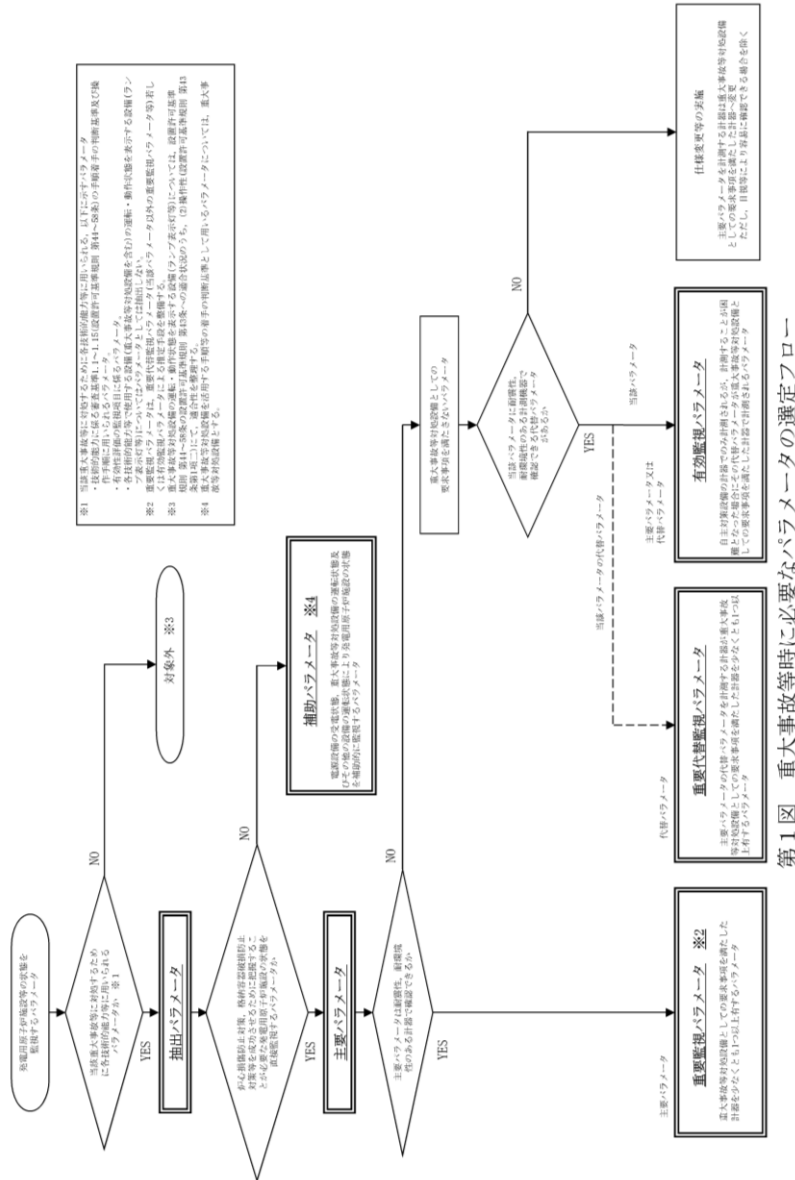
技術的能力審査基準 (1.15)	適合方針
d) 直流電源喪失時に、特に重要なパラメータを計測又は監視を行う手順等 (テスター又は換算表等) を整備すること。	監視する計器に供給する計器電源が喪失し、監視機能が喪失した場合に、代替電源設備として常設代替交流電源設備であるガスタービン発電機、可搬型代替交流電源設備である高圧発電機車並びに可搬型直流電源設備である高圧発電機車、B1-115V系充電器 (SA)、SA用115V系充電器又は可搬型直流電源設備に関連する自主対策設備である直流給電車から、計器へ給電する。 また、代替電源設備が喪失し計測に必要な計器電源が喪失した場合は、特に重要なパラメータとして、重要監視パラメータ及び重要代替監視パラメータを可搬型計測器により計測又は監視する手順を整備する。 なお、電源の供給に関する手順は「1.14 電源の確保に関する手順等」にて整備する。

・記載表現の相違  
【柏崎6/7】  
島根2号炉の適合方針を審査基準、基準規則と対処設備との対応表 (3 / 5), (4 / 5), (5 / 5)にて記載

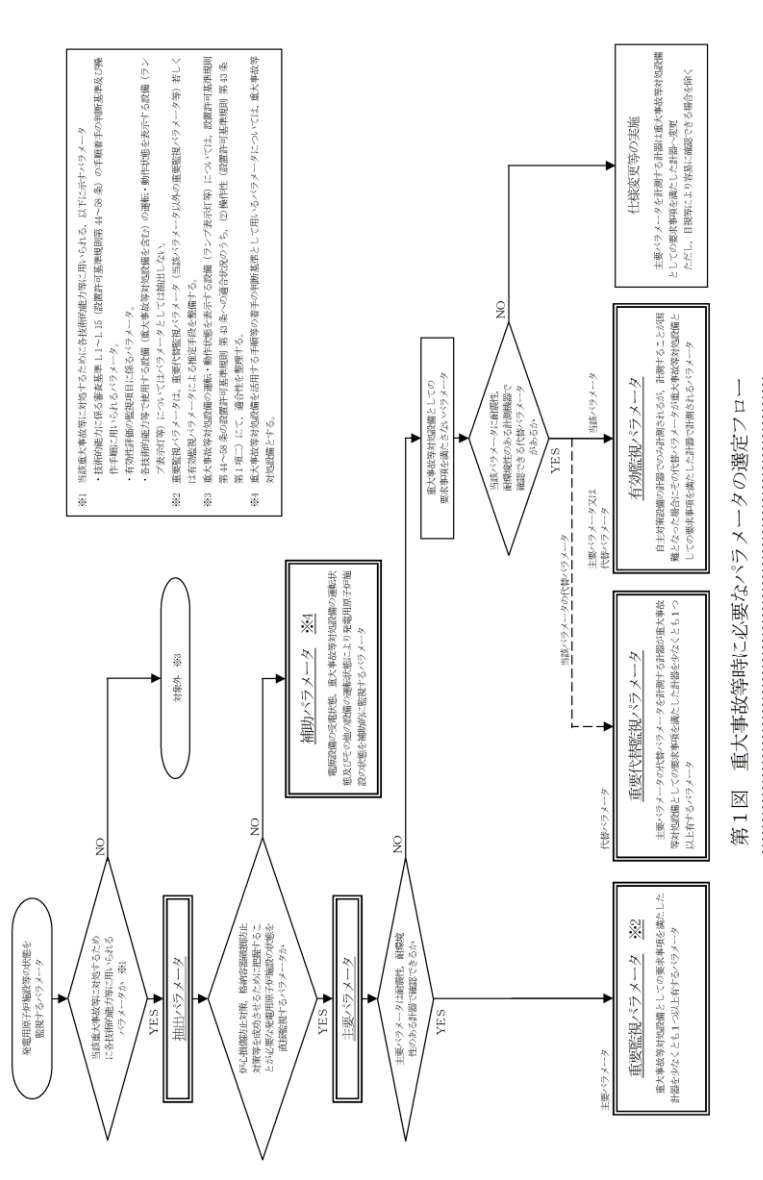
・記載表現の相違  
【柏崎6/7】  
島根2号炉の適合方針を審査基準、基準規則と対処設備との対応表 (3 / 5), (4 / 5), (5 / 5)にて記載  
・設備の相違  
【東海第二】  
③, ⑰の相違

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: right;">添付資料 1. 15. 2</p> <p style="text-align: center;">重大事故等対処に必要なパラメータの選定</p> <p>1. 選定の考え方</p> <p>炉心損傷防止対策，格納容器破損防止対策等を成功させるために把握することが必要な発電用原子炉施設の状態を監視する主要パラメータは，<u>技術的能力に係る審査基準 1. 1～1. 15 のパラメータの判断基準，操作手順に係るパラメータ及び有効性評価の監視項目に係るパラメータより選定する。</u></p> <p>選定した主要パラメータ（パラメータの分類：原子炉圧力容器内の温度，圧力及び水位，原子炉圧力容器及び原子炉格納容器への注水量，原子炉格納容器内の温度，圧力，水位，水素濃度及び放射線量率，未臨界の維持又は監視，最終ヒートシンクの確保，格納容器バイパスの監視，水源の確保，原子炉建屋内の水素濃度，原子炉格納容器内の酸素濃度，<u>使用済燃料プールの監視</u>）及び代替パラメータは，以下のとおり分類する（第 1 図参照）。</p> <p>なお，監視対象パラメータについては添付資料 1. 15. 3 <u>参照。</u></p> <p>主要パラメータ</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・重要監視パラメータ <p>主要パラメータのうち，耐震性，耐環境性を有し，重大事故等対処設備としての要求事項を満たした計器を，少なくとも 1 つ以上有するパラメータをいう。</p> </li> <li>・有効監視パラメータ <p>主要パラメータのうち，自主対策設備の計器のみで計測されるが，計測することが困難となった場合にその代替パラメータが重大事故等対処設備としての要求事項を満たした計器で計測されるパラメータをいう。</p> </li> </ul> <p>代替パラメータ</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・重要代替監視パラメータ</li> </ul>	<p style="text-align: right;">添付資料 1. 15. 2</p> <p style="text-align: center;">重大事故等対処に必要なパラメータの選定</p> <p>1. 選定の考え方</p> <p>炉心損傷防止対策，格納容器破損防止対策等を成功させるために把握することが必要な発電用原子炉施設の状態を監視する主要パラメータは，<u>技術的能力に係る審査基準 1. 1～1. 15（設置許可基準規則第 44～58 条）の手順着手の判断基準及び操作手順に用いられるパラメータ並びに有効性評価の判断及び確認に用いるパラメータより選定する。</u></p> <p>選定した主要パラメータ（パラメータの分類：原子炉圧力容器内の温度，圧力及び水位，原子炉圧力容器及び原子炉格納容器への注水量，原子炉格納容器内の温度，圧力，水位，水素濃度及び放射線量率，未臨界の維持又は監視，最終ヒートシンクの確保，格納容器バイパスの監視，水源の確保，原子炉建屋内の水素濃度，原子炉格納容器内の酸素濃度，<u>使用済燃料プールの監視</u>）及び代替パラメータは，以下の通り分類する（第 1 図参照）。</p> <p>なお，重大事故等への対処に必要なパラメータのうち，原子炉施設の状態を直接監視するパラメータを次の 2 項で選定する。また，全ての監視対象パラメータについては添付資料 1. 15. 3 で整理する。</p> <p>主要パラメータ</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・重要監視パラメータ <p>主要パラメータのうち，耐震性，耐環境性を有し，重大事故等対処設備としての要求事項を満たした計器を，少なくとも 1 つ以上を有するパラメータをいう。</p> </li> <li>・有効監視パラメータ <p>主要パラメータのうち，自主対策設備の計器のみで計測されるが，計測することが困難となった場合にその代替パラメータが重大事故等対処設備としての要求事項を満たした計器で計測されるパラメータをいう。</p> </li> </ul> <p>代替パラメータ</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・重要代替監視パラメータ</li> </ul>	<p style="text-align: right;">添付資料 1. 15. 2</p> <p style="text-align: center;">重大事故等の対処に必要なパラメータの選定</p> <p>1. 選定の考え方</p> <p>炉心損傷防止対策，格納容器破損防止対策等を成功させるために把握することが必要な発電用原子炉施設の状態を監視する主要パラメータは，<u>「技術的能力に係る審査基準」1. 1～1. 15（「設置許可基準規則」第四十四～五十八条）の手順着手の判断基準及び操作手順に用いられるパラメータ並びに有効性評価の判断及び確認に用いるパラメータより選定する。</u></p> <p>選定した主要パラメータ（パラメータの分類：原子炉圧力容器内の温度，圧力及び水位，原子炉圧力容器及び原子炉格納容器への注水量，原子炉格納容器内の温度，圧力，水位，水素濃度及び放射線量率，未臨界の維持又は監視，最終ヒートシンクの確保，格納容器バイパスの監視，水源の確保，原子炉建物内の水素濃度，原子炉格納容器内の酸素濃度，<u>燃料プールの監視</u>）及び代替パラメータは，以下のとおり分類する（第 1 図参照）。</p> <p>なお，<u>重大事故等の対処に必要なパラメータのうち，原子炉施設の状態を直接監視するパラメータを次の 2 項で選定する。</u>また，<u>すべての監視対象パラメータについては添付資料 1. 15. 3 で整理する。</u></p> <p>主要パラメータ</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・重要監視パラメータ <p>主要パラメータのうち，耐震性，耐環境性を有し，重大事故等対処設備としての要求事項を満たした計器を，少なくとも 1 つ以上を有するパラメータをいう。</p> </li> <li>・有効監視パラメータ <p>主要パラメータのうち，自主対策設備の計器のみで計測されるが，計測することが困難となった場合にその代替パラメータが重大事故等対処設備としての要求事項を満たした計器で計測されるパラメータをいう。</p> </li> </ul> <p>代替パラメータ</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・重要代替監視パラメータ</li> </ul>	

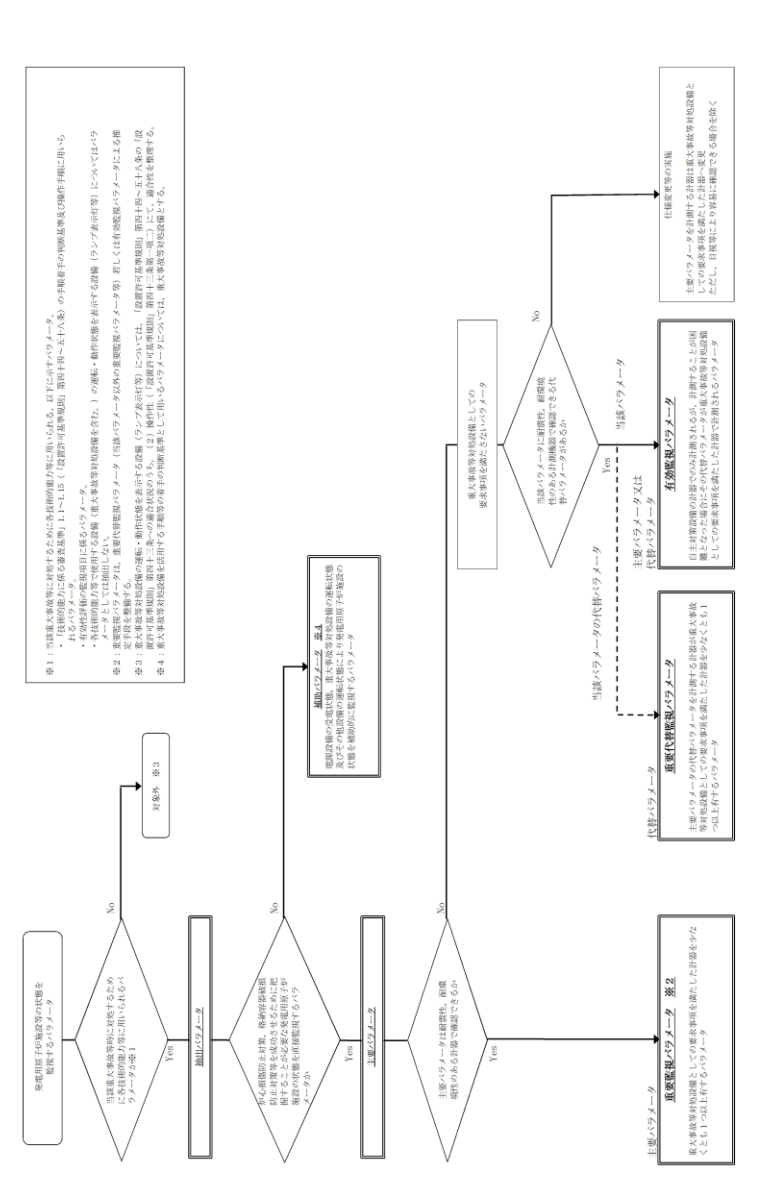
柏崎刈羽原子力発電所 6/7号炉 (2017.12.20版)	東海第二発電所 (2018.9.18版)	島根原子力発電所 2号炉	備考
<p>主要パラメータの代替パラメータを計測する計器が、重大事故等対処設備としての要求事項を満たした計器を、少なくとも1つ以上有するパラメータをいう。</p> <p>・有効監視パラメータ 主要パラメータの代替パラメータが自主対策設備の計器のみで計測されるパラメータをいう。</p> <p>補助パラメータ 抽出パラメータのうち、発電用原子炉施設の状態を直接監視することはできないが、電源設備の受電状態、重大事故等対処設備の運転状態及びその他の設備の運転状態により、発電用原子炉施設の状態を補助的に監視するパラメータをいう。</p> <p>なお、主要パラメータが重大事故等対処設備の計器で計測できず、かつその代替パラメータも重大事故等対処設備の計器で計測できない場合は、重大事故等時に発電用原子炉施設の状況を把握するため、主要パラメータを計測する計器の1つを、重大事故等対処設備としての要求を満たした計器へ変更する。</p>	<p>主要パラメータの代替パラメータを計測する計器が、重大事故等対処設備としての要求事項を満たした計器を、少なくとも1つ以上有するパラメータをいう。</p> <p>・<u>常用代替監視パラメータ</u> 主要パラメータの代替パラメータが自主対策設備の計器でのみ計測されるパラメータをいう。</p> <p>補助パラメータ 抽出パラメータのうち、発電用原子炉施設の状態を直接監視することはできないが、電源設備の受電状態、重大事故等対処設備の運転状態及びその他の設備の運転状態により、発電用原子炉施設の状態を補助的に監視するパラメータをいう。</p> <p>なお、主要パラメータが重大事故等対処設備の計器で計測できず、かつその代替パラメータも重大事故等対処設備の計器で計測できない場合は、重大事故等時に原子炉施設の状況を把握するため、主要パラメータを計測する計器の1つを、重大事故等対処設備としての要求を満たした計器へ変更する。</p>	<p>主要パラメータの代替パラメータを計測する計器が、重大事故等対処設備としての要求事項を満たした計器を、少なくとも1つ以上有するパラメータをいう。</p> <p>・<u>有効監視パラメータ</u> 主要パラメータの代替パラメータが自主対策設備の計器のみで計測されるパラメータをいう。</p> <p>補助パラメータ 抽出パラメータのうち、発電用原子炉施設の状態を直接監視することはできないが、電源設備の受電状態、重大事故等対処設備の運転状態及びその他の設備の運転状態により、発電用原子炉施設の状態を補助的に監視するパラメータをいう。</p> <p>なお、主要パラメータが重大事故等対処設備の計器で計測できず、かつその代替パラメータも重大事故等対処設備の計器で計測できない場合は、重大事故等時に発電用原子炉施設の状況を把握するため、主要パラメータを計測する計器の1つを、重大事故等対処設備としての要求を満たした計器へ変更する。</p>	



第1図 重大事故等時に必要なパラメータの選定フロー



第1図 重大事故等時に必要なパラメータの選定フロー



第1図 重大事故等時に必要なパラメータの選定フロー

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>2. 選定の結果</p> <p>重大事故等の対処に必要なパラメータとして、技術的能力に係る審査基準1.1～1.15のパラメータの判断基準、<u>操作手順に係るパラメータ及び有効性評価の監視項目に係るパラメータの中から、炉心損傷及び格納容器破損防止のために必要となる監視パラメータを直接監視するパラメータを選定した。</u></p> <p>選定結果を第1表に示す。</p>	<p>2. 選定の結果</p> <p>重大事故等の対処に必要なパラメータとして、技術的能力に係る審査基準1.1～1.15のパラメータの手順着手の判断基準及び操作手順に用いられるパラメータ並びに有効性評価の判断及び確認に用いるパラメータの中から、<u>炉心損傷防止対策、格納容器破損防止対策等を成功させるために把握することが必要な発電用原子炉施設の状態を直接監視するパラメータを選定した。</u></p> <p>選定結果を第1表に示す。</p>	<p>2. 選定の結果</p> <p>重大事故等の対処に必要なパラメータとして、<u>「技術的能力に係る審査基準」1.1～1.15のパラメータの手順着手の判断基準及び操作手順に用いられるパラメータ並びに有効性評価の判断及び確認に用いるパラメータの中から、炉心損傷防止対策、格納容器破損防止対策等を成功させるために把握することが必要な発電用原子炉施設の状態を直接監視するパラメータを選定した。</u></p> <p>選定結果を第1表に示す。</p>																																																					
<p align="center"><u>第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(1/7)</u></p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>主要パラメータ</th> <th>代替パラメータ</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>原子炉圧力容器温度</td> <td>主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力</td> <td>主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>原子炉圧力 (SA)</td> <td>原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)</td> <td>主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 高圧代替注水系系統流量 復水補給水系流量 (RHR A系代替注水流速) 復水補給水系流量 (RHR B系代替注水流速) 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心注水系系統流量 残留熱除去系系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 格納容器内圧力 (S/C)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の水位</td> <td>原子炉水位 (SA)</td> <td>原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系系統流量 復水補給水系流量 (RHR A系代替注水流速) 復水補給水系流量 (RHR B系代替注水流速) 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心注水系系統流量 残留熱除去系系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 格納容器内圧力 (S/C)</td> </tr> </tbody> </table> <p>*：[ ] は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器（耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器）を示す。</p>	分類	主要パラメータ	代替パラメータ	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度	原子炉圧力	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 高圧代替注水系系統流量 復水補給水系流量 (RHR A系代替注水流速) 復水補給水系流量 (RHR B系代替注水流速) 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心注水系系統流量 残留熱除去系系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 格納容器内圧力 (S/C)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系系統流量 復水補給水系流量 (RHR A系代替注水流速) 復水補給水系流量 (RHR B系代替注水流速) 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心注水系系統流量 残留熱除去系系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 格納容器内圧力 (S/C)	<p align="center"><u>第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ (1/7)</u></p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>主要パラメータ</th> <th>代替パラメータ</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>原子炉圧力容器温度</td> <td>主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力</td> <td>主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>原子炉圧力 (SA)</td> <td>主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)</td> <td>主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン狭帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流速 原子炉隔離時冷却系系統流量 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 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の水位</td> <td>原子炉水位 (SA)</td> <td>原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)</td> </tr> <tr> <td>原子炉水位 (燃料域)</td> <td>主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)</td> </tr> </tbody> </table> <p>*：[ ] は有効監視パラメータ又は常用代替監視パラメータ（耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器）を示す。</p>	分類	主要パラメータ	代替パラメータ	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度	原子炉圧力	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (SA)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン狭帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流速 原子炉隔離時冷却系系統流量 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 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	<p align="center"><u>第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(1/6)</u></p> <table border="1"> <thead> <tr> <th>分類</th> <th>主要パラメータ</th> <th>代替パラメータ</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の温度</td> <td>原子炉圧力容器温度 (SA)</td> <td>主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度</td> </tr> <tr> <td>原子炉圧力</td> <td>主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の圧力</td> <td>原子炉圧力 (SA)</td> <td>原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)</td> </tr> <tr> <td>原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)</td> <td>主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)</td> </tr> <tr> <td rowspan="2">原子炉圧力容器内の水位</td> <td>原子炉水位 (SA)</td> <td>原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)</td> </tr> <tr> <td>原子炉水位 (燃料域)</td> <td>主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)</td> </tr> </tbody> </table> <p>*：[ ] は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器（耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器）を示す。</p>	分類	主要パラメータ	代替パラメータ	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度 (SA)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度	原子炉圧力	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	<p>・設備の相違</p> <p>【柏崎6/7、東海第二】 推定ケースの差異理由については、 「1.15.2.1(1)d.代替パラメータによる推定方法」を参照。 設備の差異理由については、「第1.15-2 重要監視パラメータ及び重要代替監視パラメータ（重大事故等対処設備）」を参照</p>
分類	主要パラメータ	代替パラメータ																																																					
原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度																																																					
	原子炉圧力	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度																																																					
原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度																																																					
	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 高圧代替注水系系統流量 復水補給水系流量 (RHR A系代替注水流速) 復水補給水系流量 (RHR B系代替注水流速) 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心注水系系統流量 残留熱除去系系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 格納容器内圧力 (S/C)																																																					
原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系系統流量 復水補給水系流量 (RHR A系代替注水流速) 復水補給水系流量 (RHR B系代替注水流速) 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心注水系系統流量 残留熱除去系系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 格納容器内圧力 (S/C)																																																					
	分類	主要パラメータ	代替パラメータ																																																				
原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 残留熱除去系熱交換器入口温度																																																					
	原子炉圧力	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度																																																					
原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (SA)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度																																																					
	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン狭帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流速 原子炉隔離時冷却系系統流量 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 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力																																																					
原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)																																																					
	原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)																																																					
分類	主要パラメータ	代替パラメータ																																																					
原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度 (SA)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度																																																					
	原子炉圧力	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)																																																					
原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)																																																					
	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)																																																					
原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)																																																					
	原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA) 高圧原子炉代替注水流速 代替注水流速 (常設) 低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替除去系原子炉注水流速 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)																																																					
1.15-110																																																							



第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(2/7)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
原子炉圧力容器への注水量	高圧代替注水系系統流量	復水貯蔵槽水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	復水補給水系流量 (RHR A系代替注水流速) 復水補給水系流量 (RHR B系代替注水流速)	復水貯蔵槽水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	原子炉隔離時冷却系系統流量	復水貯蔵槽水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	高圧炉心注水系系統流量	復水貯蔵槽水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	残留熱除去系系統流量	サブプレッション・チェンバ・プール水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
原子炉格納容器への注水量	復水補給水系流量 (RHR B系代替注水流速) 復水補給水系流量 (格納容器下部注水流速)	復水貯蔵槽水位 (SA) 格納容器内圧力 (D/W) 格納容器内圧力 (S/C) 格納容器下部水位
	ドライウエル雰囲気温度	主要パラメータの他チャンネル 格納容器内圧力 (D/W) 格納容器内圧力 (S/C)
原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ気体温度	サブプレッション・チェンバ・プール水温度 格納容器内圧力 (S/C) [サブプレッション・チェンバ気体温度]*
	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ気体温度

\*:[ ]は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

表1 重大事故等の対処に必要なパラメータ(2/7)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
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) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系系統流量 低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン狭帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流速 原子炉隔離時冷却系系統流量 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 原子炉圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力
	高圧代替注水系系統流量	サブプレッション・プール水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力
原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン狭帯域用)	代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 原子炉水位 (広帯域)
	低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン狭帯域用)	原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)
	代替循環冷却系原子炉注水流速	サブプレッション・プール水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力
	原子炉隔離時冷却系系統流量	サブプレッション・プール水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力
	高圧炉心スプレイ系系統流量	サブプレッション・プール水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力
残留熱除去系系統流量	サブプレッション・プール水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 残留熱除去系ポンプ吐出圧力	
低圧炉心スプレイ系系統流量	サブプレッション・プール水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	

\*:[ ]は有効監視パラメータ又は常用代替監視パラメータ(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(2/6)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
原子炉圧力容器への注水量	高圧原子炉代替注水流速	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	代替注水流速 (常設)	低圧原子炉代替注水槽水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	低圧原子炉代替注水流速 低圧原子炉代替注水流速 (狭帯域用)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	高圧炉心スプレイポンプ出口流量	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	残留熱除去ポンプ出口流量	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	低圧炉心スプレイポンプ出口流量	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	残留熱代替除去系原子炉注水流速	サブプレッション・プール水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)
	代替注水流速 (常設)	低圧原子炉代替注水槽水位 ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) ベダスタル水位
	格納容器代替スプレイ流量	ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル水位 サブプレッション・プール水位 (SA) ベダスタル水位
原子炉格納容器への注水量	ベダスタル代替注水流速 ベダスタル代替注水流速 (狭帯域用)	ベダスタル水位 ドライウエル水位
	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量	残留熱代替除去系原子炉注水流速 残留熱代替除去ポンプ吐出圧力

\*:[ ]は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
推定ケースの差異理由については,  
「1.15.2.1(1)d.代替パラメータによる推定方法」を参照。  
設備の差異理由については、「第1.15-2 重要監視パラメータ及び重要代替監視パラメータ(重大事故等対処設備)」を参照

第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(3/7)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力 (D/W)	格納容器内圧力 (S/C) ドライウエル雰囲気温度 [格納容器内圧力 (D/W)]*
	格納容器内圧力 (S/C)	格納容器内圧力 (D/W) サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 [格納容器内圧力 (S/C)]*
原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ・プール水位	復水補給水系流量 (RHR B系代替注水流量) 復水貯蔵槽水位 (SA) 格納容器内圧力 (D/W) 格納容器内圧力 (S/C) [サブプレッション・チェンバ・プール水位]*
	格納容器下部水位	主要パラメータの他チャンネル 復水補給水系流量 (格納容器下部注水流量) 復水貯蔵槽水位 (SA)
原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度 (SA)
	格納容器内水素濃度 (SA)	主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度
原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器内雰囲気放射線レベル (D/W)	主要パラメータの他チャンネル [エリア放射線モニタ]*
	格納容器内雰囲気放射線レベル (S/C)	主要パラメータの他チャンネル [エリア放射線モニタ]*
未臨界の維持又は監視	起動領域モニタ	主要パラメータの他チャンネル 平均川力領域モニタ [制御棒操作監視系]*
	平均出力領域モニタ	主要パラメータの他チャンネル 起動領域モニタ [制御棒操作監視系]*
	[制御棒操作監視系]*	起動領域モニタ 平均川力領域モニタ

\*: [ ] は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器 (耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器) を示す。

表1 重大事故等の対処に必要なパラメータ (3/7)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
原子炉格納容器への注水量	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位
	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	サブプレッション・プール水位
	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	代替循環冷却系原子炉注水流量 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力
原子炉格納容器内の温度	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 格納容器下部水位
	ドライウエル雰囲気温度	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力
原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバ雰囲気温度	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・プール水温度 サブプレッション・チェンバ圧力
	サブプレッション・プール水温度	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度
	格納容器下部水温	主要パラメータの他チャンネル
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウエル雰囲気温度 [ドライウエル圧力] ※
	サブプレッション・チェンバ圧力	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度 [サブプレッション・チェンバ圧力] ※
原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プール水位	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 (常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン狭帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力
	格納容器下部水位	主要パラメータの他チャンネル 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 代替淡水貯槽水位 西側淡水貯水設備水位 [格納容器下部雰囲気温度] ※
原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	主要パラメータの他チャンネル [格納容器内水素濃度] ※

\*: [ ] は有効監視パラメータ又は常用代替監視パラメータ (耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器) を示す。

第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(3/6)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
原子炉格納容器内の温度	ドライウエル温度 (SA)	主要パラメータの他チャンネル ベデスタル温度 (SA) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)
	ベデスタル温度 (SA)	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル温度 (SA) ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)
	ベデスタル水温度 (SA)	主要パラメータの他チャンネル
	サブプレッション・チェンバ温度 (SA)	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・プール水温度 (SA) サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力 (SA)	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA) ベデスタル温度 (SA)
	サブプレッション・チェンバ圧力 (SA)	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (SA) サブプレッション・チェンバ温度 (SA)
原子炉格納容器内の水位	ドライウエル水位	サブプレッション・プール水位 (SA) 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (狭帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ベデスタル代替注水流量 ベデスタル代替注水流量 (狭帯域用) 低圧原子炉代替注水貯槽水位
	サブプレッション・プール水位 (SA)	代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (狭帯域用) 格納容器代替スプレイ流量 ベデスタル代替注水流量 (狭帯域用) 低圧原子炉代替注水貯槽水位 [サブプレッション・プール水位] *
	ベデスタル水位	主要パラメータの他チャンネル 代替注水流量 (常設) 格納容器代替スプレイ流量 ベデスタル代替注水流量 低圧原子炉代替注水貯槽水位
原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器水素濃度 (B系)	格納容器水素濃度 (SA) [格納容器水素濃度 (A系)] *
	格納容器水素濃度 (SA)	格納容器水素濃度 (B系) [格納容器水素濃度 (A系)] *
原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (ドライウエル)	主要パラメータの他チャンネル [エリア放射線モニタ] *
	格納容器雰囲気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバ)	主要パラメータの他チャンネル [エリア放射線モニタ] *

\*: [ ] は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器 (耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器) を示す。

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
推定ケースの差異理由については、  
「1.15.2.1(1)d.代替パラメータによる推定方法」を参照。  
設備の差異理由については、「第1.15-2 重要監視パラメータ及び重要代替監視パラメータ (重大事故等対処設備)」を参照

第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(4/7)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
代替循環冷却系	サブプレッション・チェンバ・プール水温度	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ気体温度
	復水補給水系温度(代替循環冷却)	サブプレッション・チェンバ・プール水温度
	復水補給水系流量(8HR A系代替注水流量)	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 原子炉圧力容器温度
	復水補給水系流量(8HR B系代替注水流量)	復水補給水系流量(8HR A系代替注水流量) 復水補給水系流量(格納容器下部注水流量) 復水移送ポンプ吐出圧力 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ・プール水位 サブプレッション・チェンバ・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ気体温度
	復水補給水系流量(格納容器下部注水流量)	復水補給水系流量(8HR B系代替注水流量) 復水移送ポンプ吐出圧力 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ・プール水位 格納容器下部水位
	フィルタ装置水位	主要パラメータの他チャンネル
格納容器圧力逃がし装置	フィルタ装置入口圧力	格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C)
	フィルタ装置出口放射線モニタ	主要パラメータの他チャンネル
	フィルタ装置水素濃度	主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)
	フィルタ装置金属フィルタ22圧	主要パラメータの他チャンネル
	フィルタ装置スクラバ水 pH	フィルタ装置水位
耐圧強化ベント系	耐圧強化ベント系放射線モニタ	主要パラメータの他チャンネル
	フィルタ装置水素濃度	格納容器内水素濃度(SA)
残留熱除去系	残留熱除去系熱交換器入口温度	原子炉圧力容器温度 サブプレッション・チェンバ・プール水温度
	残留熱除去系熱交換器出口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度 原子炉補給冷却水系系統流量 残留熱除去系熱交換器入口冷却水流量
	残留熱除去系系統流量	残留熱除去系ポンプ吐出圧力

\*:[ ]は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

表1 重大事故等の対処に必要なパラメータ(4/7)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W)	主要パラメータの他チャンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C)
	格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C)	主要パラメータの他チャンネル 格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W)
未臨界の維持又は監視	起動領域計装	主要パラメータの他チャンネル 平均出力領域計装 [制御棒操作監視系]※
	平均出力領域計装	主要パラメータの他チャンネル 起動領域計装 [制御棒操作監視系]※
	[制御棒操作監視系]	起動領域計装 平均出力領域計装
代替循環冷却系	サブプレッション・プール水温度	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ雰囲気温度
	代替循環冷却系ポンプ入口温度	残留熱除去系熱交換器出口温度
	代替循環冷却系原子炉注水流量	サブプレッション・プール水位 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) 代替循環冷却系格納容器スプレイ流量 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉圧力容器温度
	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	代替循環冷却系原子炉注水流量 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 サブプレッション・プール水温度 ドライウエル雰囲気温度 サブプレッション・チェンバ雰囲気温度
	フィルタ装置水位	主要パラメータの他チャンネル
	フィルタ装置圧力	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ装置スクラビング水温度
	フィルタ装置スクラビング水温度	フィルタ装置圧力
	フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	主要パラメータ(フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ))の他チャンネル
	フィルタ装置入口水素濃度	主要パラメータの他チャンネル 格納容器内水素濃度(SA)
	耐圧強化ベント系放射線モニタ	主要パラメータの他チャンネル
格納容器圧力逃がし装置	フィルタ装置圧力	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 フィルタ装置スクラビング水温度
	フィルタ装置スクラビング水温度	フィルタ装置圧力
耐圧強化ベント系	耐圧強化ベント系放射線モニタ	主要パラメータの他チャンネル

\*:[ ]は有効監視パラメータ又は常用代替監視パラメータ(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(4/6)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
未臨界の維持又は監視	中性子源領域計装	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 平均出力領域計装 [制御棒手動操作・監視系]※
	中間領域計装	主要パラメータの他チャンネル 中性子源領域計装 平均出力領域計装 [制御棒手動操作・監視系]※
	平均出力領域計装	主要パラメータの他チャンネル 中間領域計装 中性子源領域計装 [制御棒手動操作・監視系]※
	[制御棒手動操作・監視系]※	中性子源領域計装 中間領域計装 平均出力領域計装
残留熱代替除去系	サブプレッション・プール水温度(SA)	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ温度(SA)
	残留熱除去系熱交換器出口温度	サブプレッション・プール水温度(SA)
	残留熱代替除去系原子炉注水流量	サブプレッション・プール水位(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 原子炉圧力容器温度(SA)
	残留熱代替除去系格納容器スプレイ流量	残留熱代替除去系原子炉注水流量 残留熱代替除去系ポンプ出口圧力 サブプレッション・プール水温度(SA) ドライウエル温度(SA) サブプレッション・チェンバ温度(SA)
	スクラバ容器水位	主要パラメータの他チャンネル
	スクラバ容器圧力	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力(SA)
	スクラバ容器温度	主要パラメータの他チャンネル
	第1ベントフィルタ出口放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	主要パラメータの他チャンネル
	第1ベントフィルタ出口水素濃度	主要パラメータの予備 格納容器水素濃度(B系) 格納容器水素濃度(SA)
	残留熱除去系熱交換器入口温度	原子炉圧力容器温度(SA) サブプレッション・プール水温度(SA)
残留熱除去系	残留熱除去系熱交換器出口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系熱交換器冷却水流量
	残留熱除去系ポンプ出口流量	残留熱除去系ポンプ出口圧力

\*:[ ]は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
推定ケースの差異理由については,  
「1.15.2.1(i)d.代替パラメータによる推定方法」を参照。  
設備の差異理由については、「第1.15-2 重要監視パラメータ及び重要代替監視パラメータ(重大事故等対処設備)」を参照

第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(5/7)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
原子炉圧力容器内の状態	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA)
	原子炉水位 (SA)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)
	原子炉圧力	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度
	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度
	ドライウエル雰囲気温度	主要パラメータの他チャンネル 格納容器内圧力 (D/W)
原子炉格納容器内の状態	格納容器内圧力 (D/W)	格納容器内圧力 (S/C) ドライウエル雰囲気温度 [格納容器内圧力 (D/W)]*
	高圧炉心注水系ポンプ吐出圧力	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]*
原子炉建屋内の状態	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]*

\*:[ ]は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

表1 重大事故等の対処に必要なパラメータ(5/7)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系熱交換器入口温度	原子炉圧力容器温度 サブプレッション・プール水温度
	残留熱除去系熱交換器出口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度 残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換器) 緊急用海水系流量(残留熱除去系補機)
	残留熱除去系系統流量	残留熱除去系ポンプ吐出圧力
原子炉圧力容器内の状態	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)
	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) 原子炉水位 (燃料域)
	原子炉圧力	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度
	原子炉圧力 (SA)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度
	ドライウエル雰囲気温度	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力
格納容器パイプの監視	ドライウエル圧力	サブプレッション・チェンバ圧力 ドライウエル雰囲気温度 [ドライウエル圧力]**
	高圧炉心スプレィ系ポンプ吐出圧力	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]**
	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]**
	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]**
	低圧炉心スプレィ系ポンプ吐出圧力	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]**

\*:[ ]は有効監視パラメータ又は常用代替監視パラメータ(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(5/6)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
原子炉圧力容器内の状態	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	主要パラメータの他チャンネル 原子炉水位 (SA)
	原子炉水位 (SA)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)
格納容器パイプの監視	原子炉圧力	主要パラメータの他チャンネル 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)
	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 原子炉圧力容器温度 (SA)
原子炉格納容器内の状態	ドライウエル温度 (SA)	主要パラメータの他チャンネル ドライウエル圧力 (SA)
	ドライウエル圧力 (SA)	主要パラメータの他チャンネル サブプレッション・チェンバ圧力 (SA) ドライウエル温度 (SA)
原子炉建屋内の状態	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]**
	低圧炉心スプレィ系ポンプ吐出圧力	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) [エリア放射線モニタ]**

\*:[ ]は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
推定ケースの差異理由については,  
「1.15.2.1(1)d.代替パラメータによる推定方法」を参照。  
設備の差異理由については、「第1.15-2重要監視パラメータ及び重要代替監視パラメータ(重大事故等対処設備)」を参照

第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(6/7)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
水源の確保	復水貯蔵槽水位 (SA)	高圧代替注水系系統流量 復水補給水系流量 (RDR A系代替注水流速) 復水補給水系流量 (RDR B系代替注水流速) 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心注水系系統流量 復水補給水系流量 (格納容器下部注水流速) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 復水移送ポンプ吐出圧力 [復水貯蔵槽水位]*
	サブプレッション・チェンバ・プール水位	復水補給水系流量 (RDR A系代替注水流速) 復水補給水系流量 (RDR B系代替注水流速) 残留熱除去系系統流量 復水移送ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 [サブプレッション・チェンバ・プール水位]*
原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素再結合器 動作監視装置

\*:[ ]は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

表1 重大事故等の対処に必要なパラメータ(6/7)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
水源の確保	サブプレッション・プール水位	高圧代替注水系系統流量 代替循環冷却系原子炉注水流速 原子炉隔離時冷却系系統流量 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 常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力
	代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(可搬ライン狭帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流速 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力
	西側淡水貯水設備水位	低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流速(常設ライン狭帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流速 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール水位

※:[ ]は有効監視パラメータ又は常用代替監視パラメータ(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(6/6)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
水源の確保	低圧原子炉代替注水槽水位	代替注水流速(常設) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) サブプレッション・プール水位(SA) 低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力
	サブプレッション・プール水位(SA)	高圧原子炉代替注水流速 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出口流量 残留熱代替注系原子炉注水流速 原子炉隔離時冷却ポンプ出口圧力 高圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱除去ポンプ出口圧力 低圧炉心スプレイポンプ出口圧力 残留熱代替注系ポンプ出口圧力 [サブプレッション・プール水位]*
原子炉建物内の水素濃度	原子炉建物水素濃度	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素処理装置出口温度 静的触媒式水素処理装置出口温度
原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器酸素濃度(B系)	格納容器酸素濃度(SA) 格納容器雰囲気放射線モニタ(ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ(サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力(SA) [格納容器酸素濃度(A系)]*
	格納容器酸素濃度(SA)	格納容器酸素濃度(B系) 格納容器雰囲気放射線モニタ(ドライウェル) 格納容器雰囲気放射線モニタ(サブプレッション・チェンバ) ドライウェル圧力(SA) サブプレッション・チェンバ圧力(SA) [格納容器酸素濃度(A系)]*
燃料プールの監視	燃料プール水位(SA)	燃料プール水位・温度(SA) 燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(SA) 燃料プール監視カメラ(SA)
	燃料プール水位・温度(SA)	燃料プール水位(SA) 燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(SA) 燃料プール監視カメラ(SA)
	燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(SA)	燃料プール水位(SA) 燃料プール水位・温度(SA) 燃料プール監視カメラ(SA)
	燃料プール監視カメラ(SA)	燃料プール水位(SA) 燃料プール水位・温度(SA) 燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)(SA)

※:[ ]は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 推定ケースの差異理由については,  
 「1.15.2.1(1)d.代替パラメータによる推定方法」を参照。  
 設備の差異理由については、「第1.15-2 重要監視パラメータ及び重要代替監視パラメータ(重大事故等対処設備)」を参照

第1表 重大事故等の対処に必要なパラメータ(7/7)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	主要パラメータの他チャンネル 格納容器内空気を放射線レベル(D/W) 格納容器内空気を放射線レベル(S/C) 格納容器内圧力(D/W) 格納容器内圧力(S/C)
使用済燃料プールの監視	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域)	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA) 使用済燃料貯蔵プール放射線モニタ(高レンジ・低レンジ) 使用済燃料貯蔵プール監視カメラ
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域) 使用済燃料貯蔵プール放射線モニタ(高レンジ・低レンジ) 使用済燃料貯蔵プール監視カメラ
	使用済燃料貯蔵プール放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域) 使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA) 使用済燃料貯蔵プール監視カメラ
	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域) 使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA) 使用済燃料貯蔵プール放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)

\*:[ ]は有効監視パラメータ又は重要監視パラメータの常用計器(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

以上

表1 重大事故等の対処に必要なパラメータ(7/7)

分類	主要パラメータ	代替パラメータ
原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	主要パラメータの他チャンネル 静的触媒式水素再結合器動作監視装置
原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度(SA)	主要パラメータの他チャンネル 格納容器空気を放射線モニタ(D/W) 格納容器空気を放射線モニタ(S/C) ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ圧力 [格納容器内酸素濃度]※
使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ
	使用済燃料プール温度(SA)	使用済燃料プール水位・温度(SA広域) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ
	使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	使用済燃料プール水位・温度(SA広域) 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プール監視カメラ
	使用済燃料プール監視カメラ	使用済燃料プール水位・温度(SA広域) 使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)

\*:[ ]は有効監視パラメータ又は常用代替監視パラメータ(耐震性又は耐環境性等はないが、監視可能であれば発電用原子炉施設の状態を把握することが可能な計器)を示す。

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
推定ケースの差異理由については,  
「1.15.2.1(1)d.代替パラメータによる推定方法」を参照。  
設備の差異理由については、「第1.15-2重要監視パラメータ及び重要代替監視パラメータ(重大事故等対処設備)」を参照

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: right;">添付資料 1. 15. 3</p> <p style="text-align: center;">重大事故等対処に係る監視事項</p> <p>1. はじめに</p> <p>重大事故等時における運転員の対応操作においては、監視計器を用いてプラント状態を的確に把握する必要がある。また、対応操作の実施に当たって、監視計器を用いて適切な手順を選定し、適切なタイミングで対応操作を行うことが重要である。</p> <p>重大事故等時に、運転員が確認する監視項目について、主要パラメータに加え主要パラメータが監視できない場合の代替パラメータ及び全交流動力電源が喪失した場合の影響も含めて取りまとめた。</p> <p>2. 監視項目</p> <p>技術的能力 1. 1～1. 15 の手順着手の判断基準及び操作手順に用いられるパラメータ並びに有効性評価の判断及び確認に用いるパラメータについて整理した。</p> <p>(1) 技術的能力 1. 1～1. 15 の手順着手の判断基準及び操作手順に用いられるパラメータ【技術的能力における各手段の判断と確認】</p> <p>(2) 有効性評価の判断及び確認に用いるパラメータ【判断及び確認】</p> <p>0. 重大事故等対処に係る監視事項についての説明資料</p> <p>次項以降の「重大事故等対処に係る監視事項」についての解説を以下に示す。</p> <p>a. 「対応手段」欄は、事故処置中に確認する項目、対応手段を示す。</p> <p>b. 各技術的能力の「項目」欄については、抽出パラメータ又は抽出パラメータの代替パラメータにより判断あるいは確認する項目を示す。</p> <p>c. 「抽出パラメータを計測する計器」欄は、判断基準の確認で使用する必要なパラメータを計測する計器を示す。</p> <p>d. 「抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器」欄は、抽出パラメータが監視できない場合に監視する</p>	<p style="text-align: right;">添付資料 1. 15. 3</p> <p style="text-align: center;">重大事故等対処に係る監視事項</p> <p>1. はじめに</p> <p>重大事故等時における運転員の対応操作においては、監視計器を用いてプラント状態を的確に把握する必要がある。また、対応操作の実施にあたって、監視計器を用いて適切な手順を選定し、適切なタイミングで対応操作を行うことが重要である。</p> <p>重大事故等時に、運転員が確認する監視項目について、主要パラメータに加え主要パラメータが監視できない場合の代替パラメータ及び全交流動力電源が喪失した場合の影響も含めて、「2. 監視項目」に示すパラメータを第1表の通り取りまとめた。</p> <p>2. 監視項目</p> <p>技術的能力 1. 1～1. 15 の手順着手の判断基準及び操作手順に用いられるパラメータ並びに有効性評価の判断及び確認に用いるパラメータについて整理した。</p> <p>(1) 技術的能力 1. 1～1. 15 の手順着手の判断基準及び操作手順に用いられるパラメータ【技術的能力における各手段の判断と確認】</p> <p>(2) 有効性評価の判断及び確認に用いるパラメータ【有効性評価の監視項目に係る判断と確認】</p> <p>3. 重大事故等対処に係る監視事項について</p> <p>第1表の「重大事故等対処に係る監視事項」についての解説を以下に示す。</p> <p>a. 「対応手段」欄は、事故処置中に確認する項目、対応手段を示す。</p> <p>b. 各技術的能力の「項目」欄については、抽出パラメータ又は抽出パラメータの代替パラメータにより判断又は確認する項目を示す。</p> <p>c. 「抽出パラメータを計測する計器」欄は、判断基準の確認で使用する必要なパラメータを計測する計器を示す。</p> <p>d. 「抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器」欄は、抽出パラメータが監視できない場合に監視するパラ</p>	<p style="text-align: right;">添付資料 1. 15. 3</p> <p style="text-align: center;">重大事故等対処に係る監視事項</p> <p>1. はじめに</p> <p>重大事故等時における運転員の対応操作においては、監視計器を用いてプラント状態を的確に把握する必要がある。また、対応操作の実施に当たって、監視計器を用いて適切な手順を選定し、適切なタイミングで対応操作を行うことが重要である。</p> <p>重大事故等時に、運転員が確認する監視項目について、主要パラメータに加え主要パラメータが監視できない場合の代替パラメータ及び全交流動力電源が喪失した場合の影響も含めて、「2. 監視項目」に示すパラメータを第1表の通り取りまとめた。</p> <p>2. 監視項目</p> <p>技術的能力 1. 1～1. 15 の手順着手の判断基準及び操作手順に用いられるパラメータ並びに有効性評価の判断及び確認に用いるパラメータについて整理した。</p> <p>(1) 技術的能力1. 1～1. 15の手順着手の判断基準及び操作手順に用いられるパラメータ【技術的能力における各手段の判断と確認】</p> <p>(2) 有効性評価の判断及び確認に用いるパラメータ【有効性評価の監視項目に係る判断及び確認】</p> <p>3. 重大事故等対処に係る監視事項についての説明資料</p> <p>第1表の「重大事故等対処に係る監視事項」についての解説を以下に示す。</p> <p>a. 「対応手段」欄は、事故処置中に確認する項目、対応手段を示す。</p> <p>b. 各技術的能力の「項目」欄については、抽出パラメータ又は抽出パラメータの代替パラメータにより判断あるいは確認する項目を示す。</p> <p>c. 「抽出パラメータを計測する計器」欄は、判断基準の確認で使用する必要なパラメータを計測する計器を示す。</p> <p>d. 「抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器」欄は、抽出パラメータが監視できない場合に監視する</p>	

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>パラメータを計測する計器を示す。</p> <p>e. 「SBO 影響 (直後)」欄は、全交流動力電源喪失発生直後は<u>区分Ⅰ、Ⅱ、Ⅲ、Ⅳの蓄電池が健全であるため、CRT を含めて監視可能な計器数</u>を示す。</p> <p>f. 「SBO 影響 (区分Ⅰ (区分Ⅱ) 直流電源を延命した場合)」欄は、<u>区分Ⅰ (区分Ⅱ) 直流電源を延命した場合に監視可能な計器数</u>を示す。</p> <p>g. 「パラメータ分類」欄は、抽出パラメータの分類を示し、その結果を①～③にて示す。</p> <p>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</p> <p>h. 「補助パラメータ分類理由」欄は、補助パラメータの選定について、その理由を示す。</p> <p>i. 「評価 計器故障等」欄は、抽出パラメータが計器故障等で監視できない場合に、判断基準の確認を抽出パラメータの代替パラメータで推定できることを評価し、監視方法を示す。</p> <p>j. 「評価 SBO」欄は、全交流動力電源喪失の影響を考慮した場合に、判断基準の確認が可能なパラメータの監視方法を示す。</p> <p>・<u>区分Ⅰ又は区分Ⅱ直流電源を延命した場合に監視可能な計器</u>を評価し、監視方法について記載している。</p>	<p>メータを計測する計器を示す。</p> <p>e. 「SBO 影響 (直後)」欄は、全交流動力電源喪失発生直後 (蓄電池が健全) において、蓄電池からの給電により監視可能な計器数を示す。</p> <p>f. 「SBO 影響 (負荷切離し後)」欄は、負荷を切離し、<u>直流電源を延命した場合に監視可能な計器数</u>を示す。</p> <p>g. 「パラメータ分類」欄は、抽出パラメータの分類を示し、その結果を①～③にて示す。</p> <p>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</p> <p>h. 「補助パラメータ分類理由」欄は、補助パラメータの選定について、その理由を示す。</p> <p>i. 「評価 計器故障等」欄は、抽出パラメータが計器故障等で監視できない場合に、判断基準の確認を抽出パラメータの代替パラメータによる推定可否を評価し、監視方法を示す。</p> <p>j. 「評価 SBO」欄は、全交流動力電源喪失の影響を考慮した場合に、判断基準の確認が可能なパラメータの監視方法を示す。</p> <p>・<u>負荷を切離し、直流電源を延命した場合に監視可能な計器</u>を評価し、監視方法について記載している。</p>	<p>パラメータを計測する計器を示す。</p> <p>e. 「SBO 影響 (直後)」欄は、全交流動力電源喪失発生直後 (<u>蓄電池が健全</u>) において、<u>蓄電池からの給電により監視可能な計器数</u>を示す。</p> <p>f. 「SBO 影響 (負荷切り離し後)」欄は、負荷を切り離し、<u>所内常設蓄電式直流電源設備及び常設代替直流電源設備を延命した場合に監視可能な計器数</u>を示す。</p> <p>g. 「パラメータ分類」欄は、抽出パラメータの分類を示し、その結果を①～③にて示す。</p> <p>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</p> <p>h. 「補助パラメータ分類理由」欄は、補助パラメータの選定について、その理由を示す。</p> <p>i. 「評価 計器故障等」欄は、抽出パラメータが計器故障等で監視できない場合に、判断基準の確認を抽出パラメータの代替パラメータで推定可否を評価し、監視方法を示す。</p> <p>j. 「評価 SBO」欄は、全交流動力電源喪失の影響を考慮した場合に、判断基準の確認が可能なパラメータの監視方法を示す。</p> <p>・<u>負荷を切り離し、直流電源を延命した場合に監視可能な計器</u>を評価し、監視方法について記載している。</p>	<p>備考</p> <p>・設備の相違</p> <p>【柏崎 6/7】</p> <p>設計方針の相違による系統構成、設備構成の相違</p>





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>目次</p> <p>0. 重大事故等対処に係る監視事項についての説明資料</p> <p>1. 技術的能力における各手段の判断と確認</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等</li> <li>• 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</li> <li>• 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</li> <li>• 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</li> <li>• 1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等</li> <li>• 1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等</li> <li>• 1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等</li> <li>• 1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等</li> <li>• 1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等</li> <li>• 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等</li> <li>• 1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等</li> <li>• 1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等</li> <li>• 1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等</li> <li>• 1.14 電源の確保に関する手順等</li> </ul> <p>2. 有効性評価の監視項目に係る判断と確認</p> <p>(1) 運転中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 2.1 高圧・低圧注水機能喪失</li> <li>• 2.2 高圧注水・減圧機能喪失</li> <li>• 2.3 全交流動力電源喪失 <ul style="list-style-type: none"> <li>• 2.3.1 <u>全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG 喪失)</u></li> <li>• 2.3.2 <u>全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG 喪失)+RCIC 失敗</u></li> <li>• 2.3.3 <u>全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG 喪失)+直流電源喪失</u></li> <li>• 2.3.4 <u>全交流動力電源喪失(外部電源喪失+DG 喪失)+SRV 再開失敗</u></li> </ul> </li> </ul>	<p>1. 技術的能力における各手段の判断と確認</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等</li> <li>• 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</li> <li>• 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</li> <li>• 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</li> <li>• 1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等</li> <li>• 1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等</li> <li>• 1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等</li> <li>• 1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等</li> <li>• 1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等</li> <li>• 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等</li> <li>• 1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順書</li> <li>• 1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等</li> <li>• 1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等</li> <li>• 1.14 電源の確保に関する手順等</li> </ul> <p>2. 有効性評価の監視項目に係る判断と確認</p> <p>(1) 運転中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 2.1 高圧・低圧注水機能喪失</li> <li>• 2.2 高圧注水・減圧機能喪失</li> <li>• 2.3 全交流動力電源喪失 <ul style="list-style-type: none"> <li>• 2.3.1 全交流動力電源喪失 (長期T B)</li> <li>• 2.3.2 <u>全交流動力電源喪失 (T B D, T B U)</u></li> <li>• 2.3.3 <u>全交流動力電源喪失 (T B P)</u></li> </ul> </li> </ul>	<p>1. 技術的能力における各手段の判断と確認</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等</li> <li>• 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</li> <li>• 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</li> <li>• 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</li> <li>• 1.5 最終ヒートシンクへ熱を輸送するための手順等</li> <li>• 1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等</li> <li>• 1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等</li> <li>• 1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等</li> <li>• 1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等</li> <li>• 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等</li> <li>• 1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等</li> <li>• 1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等</li> <li>• 1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等</li> <li>• 1.14 電源の確保に関する手順等</li> </ul> <p>2. 有効性評価の監視項目に係る判断と確認</p> <p>(1) 運転中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 2.1 高圧・低圧注水機能喪失</li> <li>• 2.2 高圧注水・減圧機能喪失</li> <li>• 2.3 全交流動力電源喪失 <ul style="list-style-type: none"> <li>• 2.3.1 <u>全交流動力電源喪失 (長期T B)</u></li> <li>• 2.3.2 <u>全交流動力電源喪失 (T B U)</u></li> <li>• 2.3.3 <u>全交流動力電源喪失 (T B D)</u></li> <li>• 2.3.4 <u>全交流動力電源喪失 (T B P)</u></li> </ul> </li> </ul>	

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
<ul style="list-style-type: none"> <li>• 2.4 崩壊熱除去機能喪失 <ul style="list-style-type: none"> <li>• 2.4.1 取水機能が喪失した場合</li> <li>• 2.4.2 残留熱除去系が故障した場合</li> </ul> </li> <li>• 2.5 原子炉停止機能喪失</li> <li>• 2.6 LOCA 時注水機能喪失</li> <li>• 2.7 格納容器バイパス(インターフェイスシステム LOCA)</li> </ul> <p>(2) 運転中の原子炉における重大事故</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損) <ul style="list-style-type: none"> <li>• 3.1.1 代替循環冷却系を使用する場合</li> <li>• 3.1.2 代替循環冷却系を使用しない場合</li> </ul> </li> <li>• 3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱</li> <li>• 3.3 原子炉圧力容器外の溶融燃料-冷却材相互作用</li> <li>• 3.4 水素燃焼</li> <li>• 3.5 溶融炉心・コンクリート相互作用</li> </ul> <p>(3) 使用済燃料プールにおける重大事故に至るおそれがある事故</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 4.1 想定事故 1</li> <li>• 4.2 想定事故 2</li> </ul> <p>(4) 運転停止中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 5.1 崩壊熱除去機能喪失</li> <li>• 5.2 全交流動力電源喪失</li> <li>• 5.3 原子炉冷却材の流出</li> <li>• 5.4 反応度の誤投入</li> </ul>	<ul style="list-style-type: none"> <li>• 2.4 崩壊熱除去機能喪失 <ul style="list-style-type: none"> <li>• 2.4.1 取水機能が喪失した場合</li> <li>• 2.4.2 残留熱除去系が故障した場合</li> </ul> </li> <li>• 2.5 原子炉停止機能喪失</li> <li>• 2.6 LOCA時注水機能喪失</li> <li>• 2.7 格納容器バイパス(インターフェイスシステム LOCA)</li> <li>• 2.8 <u>津波浸水による最終ヒートシンク喪失</u></li> </ul> <p>(2) 重大事故</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷(格納容器過圧・過温破損) <ul style="list-style-type: none"> <li>• 3.1.2 代替循環冷却系を使用する場合</li> <li>• 3.1.3 代替循環冷却系を使用できない場合</li> </ul> </li> <li>• 3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱</li> <li>• 3.3 原子炉圧力容器外の溶融燃料-冷却材相互作用</li> <li>• 3.4 水素燃焼</li> <li>• 3.5 溶融炉心・コンクリート相互作用</li> </ul> <p>(3) 使用済燃料プールにおける重大事故に至るおそれがある事故</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 4.1 想定事故 1</li> <li>• 4.2 想定事故 2</li> </ul> <p>(4) 運転停止中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 5.1 崩壊熱除去機能喪失</li> <li>• 5.2 全交流動力電源喪失</li> <li>• 5.3 原子炉冷却材の流出</li> <li>• 5.4 反応度の誤投入</li> </ul>	<ul style="list-style-type: none"> <li>• 2.4 崩壊熱除去機能喪失 <ul style="list-style-type: none"> <li>• 2.4.1 取水機能が喪失した場合</li> <li>• 2.4.2 残留熱除去系が故障した場合</li> </ul> </li> <li>• 2.5 原子炉停止機能喪失</li> <li>• 2.6 LOCA時注水機能喪失</li> <li>• 2.7 格納容器バイパス (インターフェイスシステム LOCA)</li> </ul> <p>(2) 運転中の原子炉における重大事故</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 3.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷 (格納容器過圧・過温破損) <ul style="list-style-type: none"> <li>• 3.1.2 残留熱代替除去系を使用する場合</li> <li>• 3.1.3 残留熱代替除去系を使用しない場合</li> </ul> </li> <li>• 3.2 高圧溶融物放出/格納容器雰囲気直接加熱</li> <li>• 3.3 原子炉圧力容器外の溶融燃料-冷却材相互作用</li> <li>• 3.4 水素燃焼</li> <li>• 3.5 溶融炉心・コンクリート相互作用</li> </ul> <p>(3) 燃料プールにおける重大事故に至るおそれがある事故</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 4.1 想定事故 1</li> <li>• 4.2 想定事故 2</li> </ul> <p>(4) 運転停止中の原子炉における重大事故に至るおそれがある事故</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>• 5.1 崩壊熱除去機能喪失</li> <li>• 5.2 全交流動力電源喪失</li> <li>• 5.3 原子炉冷却材の流出</li> <li>• 5.4 反応度の誤投入</li> </ul>	<ul style="list-style-type: none"> <li>• 設備の相違</li> <li>【東海第二】</li> <li>選定した事故シーケンスグループの相違</li> </ul>





1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等  
 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
緊急停止失敗時 監視	原子炉出力領域モニタ	1	1	1	1	10	3	2	2	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
		10	10	3	3	1	1	1	1	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
緊急停止失敗時 監視	平均出力領域モニタ	1	0	0	0	1	1	1	1	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
		1	0	0	0	1	1	1	1	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
緊急停止失敗時 監視	原子炉出力領域モニタ	1	0	0	0	1	1	1	1	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
		1	0	0	0	1	1	1	1	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
緊急停止失敗時 監視	原子炉出力領域モニタ	1	0	0	0	1	1	1	1	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
		1	0	0	0	1	1	1	1	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認

1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等  
 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
緊急停止失敗時 監視	原子炉出力領域モニタ	2	2	0	0	8	8	0	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
		8	8	0	0	2	2	0	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
緊急停止失敗時 監視	原子炉出力領域モニタ	3	3	0	0	1	1	1	1	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
		2	2	1	1	2	2	2	2	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認

・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

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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
緊急停止失敗時 監視	原子炉出力領域モニタ	1	1	1	1	4	4	0	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
		1	1	1	1	4	4	0	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
緊急停止失敗時 監視	原子炉出力領域モニタ	1	1	1	1	4	4	0	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認
		1	1	1	1	4	4	0	0	監視領域モニタにより平均出力領域モニタの代替監視は主監視用モニタにて確認



重大事故等対処に係る監視事項  
1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等

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		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	SBO影響 区分1 異常状態(区分II 異常状態) を発生した場合	パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由		計器数	SBO影響 区分1 異常状態(区分II 異常状態) を発生した場合			
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 「反応度制御」	原子炉圧力容器内の水位低下操作による原子炉出力制御	給水流速 (6分平均) (7分平均)	4 1	4 0	③	給排水系の運転状態を 確認するパラメータ	1 1	1 0	1 0	水漏れである戻水貯留槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認		
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	①	-	原子炉隔離時冷却系統流量	2 3	2 1	2 1	隔離熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
操作 (2 / 2)	原子炉出力制御	原子炉圧力容器内の水位低下操作による原子炉出力制御	2	0	①	-	原子炉隔離時冷却系統流量	1 1	1 1	1 1	水漏れである戻水貯留槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	③	原子炉隔離時冷却系統の 運転状態を確認するパ ラメータ	1 1	1 0	1 0	1 0	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
監視監視機能	原子炉出力制御	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	③	原子炉隔離時冷却系統の 運転状態を確認するパ ラメータ	1 1	1 0	1 0	1 0	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉出力制御	1	1	③	原子炉隔離時冷却系統の 運転状態を確認するパ ラメータ	1 1	1 0	1 0	1 0	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
監視監視機能	原子炉出力制御	原子炉出力制御	2	0	①	-	原子炉隔離時冷却系統流量	1 1	1 1	1 1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉出力制御	1	1	③	原子炉隔離時冷却系統の 運転状態を確認するパ ラメータ	1 1	1 0	1 0	1 0	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

1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等

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		計器名称	抽出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 負荷切り直し後	パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後			
非常時運転手 順書II (偶発 ベース) 「反応度制 御」	原子炉出力制御	給水流速	1	0	③	給排水系の運転 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	1	サブプレッショントラップ水位 の変化より、原子炉隔離時冷却系 統流量の代替監視可能
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	①	-	原子炉隔離時冷却系統流量	2 2	2 1	2 1	2 1	隔離熱除去に必要な注水量と原子 炉水位の変化より、原子炉隔離時 冷却系統流量の代替監視可能 にて確認
操作 (2 / 3)	原子炉出力制御	原子炉圧力容器内の水位低下操作による原子炉出力制御	1	0	①	-	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量が正 常に動作していることを確認するこ とにより代替監視可能
		原子炉出力制御	1	1	③	原子炉隔離時冷却系統の 運転状態を確認するパ ラメータ	1 1	1 0	1 0	1 0	1 0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
監視監視機能	原子炉出力制御	原子炉出力制御	1	1	③	原子炉隔離時冷却系統の 運転状態を確認するパ ラメータ	1	1	1	1	1	サブプレッショントラップ水位の 変化より、原子炉隔離時冷却系 統流量の代替監視可能
		原子炉出力制御	1	1	③	原子炉隔離時冷却系統の 運転状態を確認するパ ラメータ	1 1	1 0	1 0	1 0	1 0	監視事項は主要パ 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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等

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		計器名称	抽出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 負荷切り直し後	パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後				
非常時運転手 順書II (偶発 ベース) 「反応度制 御」	原子炉出力制御	給水流速	1	0	③	給排水系の運転 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	1	サブプレッショントラップ水位 の変化より、原子炉隔離時冷却系 統流量の代替監視可能	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	①	-	原子炉隔離時冷却系統流量	2 2	2 1	2 1	2 1	2 1	隔離熱除去に必要な注水量と原子 炉水位の変化より、原子炉隔離時 冷却系統流量の代替監視可能 にて確認
操作 (2 / 2)	原子炉出力制御	原子炉圧力容器内の水位低下操作による原子炉出力制御	1	0	①	-	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量が正 常に動作していることを確認するこ とにより代替監視可能
		原子炉出力制御	1	1	③	原子炉隔離時冷却系統の 運転状態を確認するパ ラメータ	1 1	1 0	1 0	1 0	1 0	1 0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
監視監視機能	原子炉出力制御	原子炉出力制御	1	1	③	原子炉隔離時冷却系統の 運転状態を確認するパ ラメータ	1	1	1	1	1	1	サブプレッショントラップ水位の 変化より、原子炉隔離時冷却系 統流量の代替監視可能
		原子炉出力制御	1	1	③	原子炉隔離時冷却系統の 運転状態を確認するパ ラメータ	1 1	1 0	1 0	1 0	1 0	1 0	監視事項は主要パ 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  
1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等

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		評価	
			計器数	直後			計器数	直後	計器数	直後		
非常時運転手順書 (運転マニュアル) 「反応度制御」 代替制御挿入機能による 制御緊急挿入 (手動)	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	4	4	①	1	1	10	10	3	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
		平均出力領域モニタ	4	4	①	1	1	10	10	3	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
事故時運転手順書 (運転マニュアル) 「反応度制御」 制御緊急挿入	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	4	4	①	1	1	10	10	3	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
		平均出力領域モニタ	4	4	①	1	1	10	10	3	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
事故時運転手順書 (運転マニュアル) 「反応度制御」 制御緊急挿入	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	10	10	3	2	2	4	4	1	1	監視事項は代替バ ラメータにて確認
		平均出力領域モニタ	10	10	3	2	2	4	4	1	1	監視事項は代替バ ラメータにて確認
事故時運転手順書 (運転マニュアル) 「反応度制御」 制御緊急挿入	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	205	205	0	0	0	10	10	3	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
		平均出力領域モニタ	205	205	0	0	0	10	10	3	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
事故時運転手順書 (運転マニュアル) 「反応度制御」 制御緊急挿入	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	4	4	①	1	1	10	10	3	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
		平均出力領域モニタ	4	4	①	1	1	10	10	3	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
事故時運転手順書 (運転マニュアル) 「反応度制御」 制御緊急挿入	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	10	10	3	2	2	4	4	1	1	監視事項は代替バ ラメータにて確認
		平均出力領域モニタ	10	10	3	2	2	4	4	1	1	監視事項は代替バ 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

1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等

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		評価	
			計器数	直後			計器数	直後	計器数	直後		
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 「反応度制 御」) 代替制御挿入 機能による 制御緊急挿 入	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	1	1	②	0	0	8	8	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		平均出力領域計装	2	2	①	0	0	8	8	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 「反応度制 御」) 選招制御挿入 機能による 原子炉出力抑 制	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	8	8	①	0	0	1	1	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		平均出力領域計装	8	8	①	0	0	2	2	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 「反応度制 御」) 選招制御挿入 機能による 原子炉出力抑 制	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	1	1	②	0	0	8	8	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		平均出力領域計装	2	2	①	0	0	8	8	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 「反応度制 御」) 選招制御挿入 機能による 原子炉出力抑 制	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	8	8	①	0	0	1	1	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		平均出力領域計装	8	8	①	0	0	2	2	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等

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		評価	
			計器数	直後			計器数	直後	計器数	直後		
非常時運転手順書 (運転マニュアル) 「反応度制御」 代替制御挿入機能による 制御緊急挿入 (手動)	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	4	4	②	0	0	1	1	1	1	監視事項は代替バ ラメータにて確認
		平均出力領域計装	1	1	①	0	0	2	2	2	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
事故時運転手順書 (運転マニュアル) 「反応度制御」 制御緊急挿入	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	1	1	①	0	0	1	1	1	1	監視事項は代替バ ラメータにて確認
		平均出力領域計装	1	1	①	0	0	2	2	2	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
事故時運転手順書 (運転マニュアル) 「反応度制御」 制御緊急挿入	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	10	10	3	2	2	4	4	1	1	監視事項は代替バ ラメータにて確認
		平均出力領域計装	10	10	3	2	2	4	4	1	1	監視事項は代替バ ラメータにて確認
事故時運転手順書 (運転マニュアル) 「反応度制御」 制御緊急挿入	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	205	205	0	0	0	10	10	3	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
		平均出力領域計装	205	205	0	0	0	10	10	3	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
事故時運転手順書 (運転マニュアル) 「反応度制御」 制御緊急挿入	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	4	4	①	0	0	10	10	3	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
		平均出力領域計装	4	4	①	0	0	10	10	3	2	監視事項は代替バ ラメータにて確認
事故時運転手順書 (運転マニュアル) 「反応度制御」 制御緊急挿入	プラント 停止状態	制御緊急挿入ボタン	10	10	3	2	2	4	4	1	1	監視事項は代替バ ラメータにて確認
		平均出力領域計装	10	10	3	2	2	4	4	1	1	監視事項は代替バ 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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等

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
対応手段 非常時運転手 順番II (微粉 ペーパース) 「反芯度制 御」 制御棒手動挿 入	プラント 停止状態	【制御棒操作監視系】 平均出力領域計表	1	0	②	起動領域計表 平均出力領域計表	8	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉出 力	【制御棒操作監視系】 平均出力領域計表	2	0	①	起動領域計表 【制御棒操作監視系】 平均出力領域計表	8	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
機 能	原子炉出 力	起動領域計表	8	0	①	平均出力領域計表 【制御棒操作監視系】	2	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	1	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	制御棒駆動水圧系駆 動水ヘッド差圧	1	0	③	制御棒駆動水の 運転状態を確認 するパラメータ	1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等

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
対応手段 非常時運転手 順番II (微粉 ペーパース) 「反芯度制 御」 制御棒手動挿 入	プラント 停止状態	【制御棒操作監視系】 平均出力領域計表	1	0	②	起動領域計表 平均出力領域計表	8	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉出 力	【制御棒操作監視系】 平均出力領域計表	2	0	①	起動領域計表 【制御棒操作監視系】 平均出力領域計表	8	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
機 能	原子炉出 力	起動領域計表	8	0	①	平均出力領域計表 【制御棒操作監視系】	2	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	1	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器内の 圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	制御棒駆動水圧系駆 動水ヘッド差圧	1	0	③	制御棒駆動水の 運転状態を確認 するパラメータ	1	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 緊急停止失敗時に発電用原子炉を本臨界にするための手順等  
①重要監視バスターム、②重要監視バスターム、③運転バスターム

項目	内容	手順	重要監視バスターム		重要監視バスターム		重要監視バスターム		備考			
			検出数	検出割合	検出数	検出割合	検出数	検出割合				
緊急停止失敗時 (注1)(注2)(注3) 注1: 緊急停止失敗による 注2: 緊急停止失敗による 注3: 緊急停止失敗による	原子炉停止 原子炉停止	原子炉停止	原子炉停止	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。		
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。		
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。	
緊急停止失敗時 (注1)(注2)(注3) 注1: 緊急停止失敗による 注2: 緊急停止失敗による 注3: 緊急停止失敗による	原子炉停止	原子炉停止	原子炉停止	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。		
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。	
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。	
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。	
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。	
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。	
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。	
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。	
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。	
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。	
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。
			原子炉停止	0	0	0	0	0	0	0	0	原子炉停止時に原子炉停止監視装置の監視装置が動作し、監視装置が動作していることを確認する。

・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

項目	区分	柏崎刈羽原子力発電所(6号炉)				東海第二発電所				島根原子力発電所(2号炉)			
		計数値	監視	監視対象項目	注	計数値	監視	監視対象項目	注	計数値	監視	監視対象項目	注
1.1 緊急停止失敗時に発電用原子炉を未臨界にするための手順等	監視対象項目 監視対象項目 監視対象項目 監視対象項目 監視対象項目 監視対象項目 監視対象項目 監視対象項目 監視対象項目 監視対象項目 監視対象項目 監視対象項目	4	0	0	0	4	0	0	0	4	0	0	0
		6	4	0	0	6	4	0	0	6	4	0	0
		6	0	0	0	6	0	0	0	6	0	0	0
		4	0	0	0	4	0	0	0	4	0	0	0
		2	2	1	0	2	2	1	0	2	2	1	0
		1	1	1	0	1	1	1	0	1	1	1	0
		1	1	0	0	1	1	0	0	1	1	0	0
		2	2	2	1	2	2	2	1	2	2	2	1
		2	2	2	1	2	2	2	1	2	2	2	1
		2	2	2	1	2	2	2	1	2	2	2	1
		2	2	2	1	2	2	2	1	2	2	2	1
		2	2	2	1	2	2	2	1	2	2	2	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		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	抽出パラメータ 分類			計器数	抽出パラメータ 分類		
非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース)等 「水位確保」等	原子炉圧力冷却水の注水量	原子炉圧力冷却水の注水量	計器数	抽出パラメータ 分類	-	原子炉冷却水位(SI)	直後	抽出パラメータ 分類	水源地にある原子炉冷却水位(SI)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
			1	①			1	1		
水源地の備 置(2/2)	水源地の備 置	原子炉冷却水位(SI)	計器数	抽出パラメータ 分類	-	原子炉冷却水位(SI)	直後	抽出パラメータ 分類	水源地にある原子炉冷却水位(SI)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ウンダリにて確認
			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	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		計器故障等	SBO
		計器数	抽出パラメータ 分類			計器数	抽出パラメータ 分類		
非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース)等 「水位確保」等 AM設備別機 作手順書	水源地の確保 (3/3)	1	①	-	高圧代替注水系統流量	直後	抽出パラメータ 分類	1	1
						1	①		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	代替循環冷却系原子炉注水流量	直後	抽出パラメータ 分類	2	2
						2	2		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	原子炉隔離時冷却系系統流量	直後	抽出パラメータ 分類	1	1
						1	①		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	高圧炉心スプレイ系系統流量	直後	抽出パラメータ 分類	1	0
						1	①		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	残留熱除去系系統流量	直後	抽出パラメータ 分類	3	0
						3	0		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	低圧炉心スプレイ系系統流量	直後	抽出パラメータ 分類	1	0
						1	0		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	直後	抽出パラメータ 分類	1	1
						1	1		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	直後	抽出パラメータ 分類	2	2
						2	2		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	直後	抽出パラメータ 分類	1	1
						1	1		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	直後	抽出パラメータ 分類	1	0
						1	0		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	直後	抽出パラメータ 分類	3	0
						3	0		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	直後	抽出パラメータ 分類	1	0
						1	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

・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		計器故障等	SBO
		計器数	抽出パラメータ 分類			計器数	抽出パラメータ 分類		
非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース)等 「水位確保」等 AM設備別機 作手順書	水源地の確保 (3/3)	1	①	-	高圧代替注水系統流量	直後	抽出パラメータ 分類	1	1
						1	①		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	代替循環冷却系原子炉注水流量	直後	抽出パラメータ 分類	2	2
						2	2		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	原子炉隔離時冷却系系統流量	直後	抽出パラメータ 分類	1	1
						1	①		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	高圧炉心スプレイ系系統流量	直後	抽出パラメータ 分類	1	0
						1	①		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	残留熱除去系系統流量	直後	抽出パラメータ 分類	3	0
						3	0		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	低圧炉心スプレイ系系統流量	直後	抽出パラメータ 分類	1	0
						1	0		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	直後	抽出パラメータ 分類	1	1
						1	1		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	直後	抽出パラメータ 分類	2	2
						2	2		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	直後	抽出パラメータ 分類	1	1
						1	1		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	直後	抽出パラメータ 分類	1	0
						1	0		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	直後	抽出パラメータ 分類	3	0
						3	0		
判断基準 (3/3)	水源地の確保	1	①	-	低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	直後	抽出パラメータ 分類	1	1
						1	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	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	バウンダリ分類	計器名称	計器数	計器故障等		
事故時運転作手順書 (機体ベース)等 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 TRCIC身起(起動) 多様なヘッド対応手 順 TRCIC身起(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 可搬型回転計 原子炉隔離時冷却系タービン 入口圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吸 込圧力	1	1	③	直後	SBO影響 区分1直送線路 を使命した場合	直後	SBO影響 区分1直送線路 を使命した場合	-
			1	1	③	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	③	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	③	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	

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	バウンダリ分類	計器名称	計器数	SBO影響			
別冊基準 (2 / 3) 非常時運転手 順書II(機体 ベース)等 「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	原子炉水位 (S.A.広 帯域) 原子炉水位 (S.A.燃 料域)	1	1	①	直後	SBO影響 区分1直送線路 を使命した場合	直後	SBO影響 区分1直送線路 を使命した場合	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 事項は抽出パラメータ にて確認
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	

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

第1表 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有効監視パラメータ，③補助パラメータ

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	バウンダリ分類	計器名称	計器数	SBO影響	計器故障等			
別冊基準 (2 / 3) 事故時運転作手順書 (機体ベース)等 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 TRCIC身起(起動) 多様なヘッド対応手 順 TRCIC身起(起動(排水 処理))	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)	1	1	①	直後	SBO影響 区分1直送線路 を使命した場合	直後	SBO影響 区分1直送線路 を使命した場合	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 事項は抽出パラメータ にて確認
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	
			1	1	①	直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後	

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	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				評価	
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		
非常時運転作手手順書 (水圧確保)等 AM設備別機作手手順書 (水位による原子炉注 水)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	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	
			1	1	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	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	
			4	4	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	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	
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	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	
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	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	
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	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	
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	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	
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	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	
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	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	
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	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	
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	1	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	
1	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	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				

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				評価		
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後			
非常時運転作手手順書 (水圧確保)等 AM設備別機 作手手順書	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)	1	1	1	1	原子炉水位 (SA広帯域)	2	2	1	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	1	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	1	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		
			1	1	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1		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
			1	1	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1		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
			1	1	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1		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
			2	2	2	2	原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	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
			2	2	2	2	原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	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
			3	3	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	3	3	1	1		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
			3	3	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	3	3	1	1		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
			3	3	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	3	3	1	1		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
			3	3	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	3	3	1	1		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
			1	1	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1		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

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				評価		
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後			
非常時運転作手手順書 (水圧確保)等 AM設備別機作手手順書 (水位による原子炉注 水)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	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	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	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		
			1	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		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
			4	4	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		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
			3	3	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		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
			2	2	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		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
			3	3	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		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
			3	3	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		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
			3	3	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		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
			3	3	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		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
			3	3	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		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
			1	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1		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

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	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	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
		計器名称	計器数	SBO影響 区分1 異常電源 を発生した場合	計器数		計器名称	計器数	SBO影響 区分1 異常電源 を発生した場合			
事故時運転操作手順書 (徴候ベース) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 「CSDによる原子炉注 水」	原子炉圧 力容器へ の注水量 補機監視 機能	制御棒駆動系統流量	1	0	0	制御棒駆動系統の運転状態 を監視するパラメータ	高圧代注水系統流量 (HWA系代 替注水装置)	1	1	1	高圧代注水系統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留槽水位の代替監視可 能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		AM設備別操作手順書 「CSDによる原子炉注 水」	制御棒駆動系統流量 (7号炉) 水ライン圧力	4	1	1	制御棒駆動系統の運転状態 を監視するパラメータ	高圧代注水系統流量 (HWA系代 替注水装置) 低圧代注水系統流量 (HWA系代 替注水装置) 原子炉冷却材系流量 (原子炉冷却材系) 復水貯留槽水位 (復水貯留槽水位) 復水貯留槽水位(SA)	1 1 1 1	1 1 1 1	1 1 1 1	

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  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	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	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
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
非常時運転手 順書 II (徴候 ベース) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	制御棒駆動系統流量 (7号炉) 水ライン圧力	1	1	1	0	制御棒駆動系統の運転状態 を監視するパラメータ	高圧代注水系統流量 代注水貯留槽冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 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 常設高圧代注水ポンプ吐出 圧力 代替補償冷却系ポンプ吐出 圧力 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力 残留熱除去系ポンプ吐出 圧力 低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出 圧力	1 2 1 1 3 1 1 2 1 1 1 3 1 1 1	1 2 1 0 0 0 0 1 1 2 1 1 0 0 1	1 2 1 0 0 0 0 1 1 2 1 1 0 0 1	制御棒駆動系統の運転状態 を監視するパラメータ 高圧代注水系統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・プール水位の代替監視可 能 サブプレッション・チェンバを水源 とするポンプの吐出圧力により、 サブプレッション・プール水位が確 保されていることを監視可能	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

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	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	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
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
事故時運転操作手順書 (徴候ベース) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 「CSDによる原子炉注 水」	原子炉圧 力容器へ の注水量 補機監視 機能	制御棒駆動系統流量	1	0	0	制御棒駆動系統の運転状態 を監視するパラメータ	高圧代注水系統流量 (HWA系代 替注水装置)	1	1	1	高圧代注水系統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留槽水位の代替監視可 能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		制御棒駆動系統流量 (7号炉) 水ライン圧力	4	1	1	制御棒駆動系統の運転状態 を監視するパラメータ	高圧代注水系統流量 (HWA系代 替注水装置) 低圧代注水系統流量 (HWA系代 替注水装置) 原子炉冷却材系流量 (原子炉冷却材系) 復水貯留槽水位 (復水貯留槽水位) 復水貯留槽水位(SA)	1 1 1 1	1 1 1 1	1 1 1 1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯留槽水 位の代替監視可能 復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯留槽水位 が確保されていることを監視可能	

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  
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	SBO影響		計器名称	計器		SBO	
			計器数	成後				成後	成後		成後	成後		成後
電圧	AC-D電圧	AC-D電圧	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	1	1
原子炉内 力降加内 の水位	原子炉水位(SA)	原子炉水位(SA)	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	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
原子炉内 力降加内 の水位	原子炉水位(SA)	原子炉水位(SA)	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	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

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	SBO影響		計器名称	計器		SBO
			計器数	成後				成後	成後		成後	成後	
異常時運転系 監視系 等	原子炉水位(SA)	原子炉水位(SA)	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	1	1	1	1
			1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
原子炉内 力降加内 の水位	原子炉水位(SA)	原子炉水位(SA)	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	1	1	1	1
			1	1	①	1	1	1	1	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	抽出パラメータ 分類	計器名称	SBO影響		計器名称	計器		SBO
			計器数	成後				成後	成後		成後	成後	
異常時運転系 監視系 等	原子炉水位(SA)	原子炉水位(SA)	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	1	1	1	1
			1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
原子炉内 力降加内 の水位	原子炉水位(SA)	原子炉水位(SA)	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	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

1.2 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	項目	項目	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		評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 常時監視操作手順書 (運転ベース) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 (原子炉監視係) AM設備別操作手順書 (原子炉監視係)	原子炉圧力監視係の 水位	原子炉水位(広帯域) 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	原子炉水位(SA)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR A 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR A 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR B 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR B 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR C 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR C 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR D 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR D 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR E 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR E 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR F 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR F 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR G 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR G 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR H 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR H 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR I 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR I 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR J 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR J 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR K 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR K 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR L 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR L 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR M 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR M 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR N 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR N 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること 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	項目	項目	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		評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手 順書II (復旧 ベース) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧力監視係の 水位	原子炉圧力監視係の注水量	1	原子炉圧力監視係の注水量	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計測すること でき、監視可能
			可搬型計測器	-	可搬型計測器	-	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計測すること でき、監視可能
			原子炉圧力監視係の注水量	1	原子炉圧力監視係の注水量	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計測すること でき、監視可能
			原子炉圧力監視係の注水量	1	原子炉圧力監視係の注水量	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計測すること 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

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	項目	項目	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		評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 AM設備別操作手順書 (原子炉監視係) AM設備別操作手順書 (原子炉監視係)	原子炉圧力監視係の 水位	原子炉水位(広帯域) 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	原子炉水位(SA)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR A 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR A 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR B 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR B 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR C 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR C 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR D 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR D 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR E 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR E 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR F 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR F 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR G 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR G 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR H 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR H 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR I 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR I 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR J 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR J 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR K 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR K 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR L 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR L 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR M 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR M 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること でき、監視可能
			高圧代用排水系流量(ORR N 系)	1	高圧代用排水系流量(ORR N 系)	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること 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

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		計器名称	計器数	SBO 影響		計器名称	計器数	SBO 影響		計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	区分1直流電源 を延長した場合	区分2直流電源 を延長した場合			計器名称	計器数			区分1直流電源 を延長した場合	区分2直流電源 を延長した場合		
対応手段 芽生時運転操作手順書 (「取水確保」等) AM 設備別操作手順書 (「DCP緊急注水」)	原子炉圧 力容器へ の注水量	1	1	0	1	①	0	1	0	1	1	1	1	1	監視事項は代替ハ ラメータにて確認
	補機監視 (電系のみ)	1	1	0	1	①	0	1	0	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
操作 (2 / 2)	高圧冷却材ポンプ吐出圧力	1	1	0	1	①	0	1	0	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	高圧冷却材ポンプ吐出圧力	1	1	0	1	①	0	1	0	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ 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

1.2 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

抽出パラメータ

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO 影響		計器故障等	SBO
				計器名称	計器数			区分1直流電源 を延長した場合	区分2直流電源 を延長した場合		
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (1) 高圧冷却材ポンプ吐出圧力 (2) 高圧冷却材ポンプ吐出圧力	M/C 2C電圧	1	1	1	1	①	0	1	0	1	1
	P/C 2C電圧	1	1	1	1	③	0	1	0	1	1
非常時運転手 操作手順書 (「取水確保」 等)	M/C 2D電圧	1	1	1	1	③	0	1	0	1	1
	P/C 2D電圧	1	1	1	1	③	0	1	0	1	1
非常時運転手 操作手順書 (「停止時原子 炉水位制御」 等)	直流125V主母線電圧2	1	1	1	1	③	0	1	0	1	1
	A電圧	1	1	1	1	③	0	1	0	1	1
AM設備別操 作手順書	直流125V主母線電圧2	1	1	1	1	③	0	1	0	1	1
	B電圧	1	1	1	1	③	0	1	0	1	1
高圧冷却材ポンプ吐出圧力	原子炉水位 (燃料 槽)	3	3	0	0	③	0	1	0	1	1
	原子炉水位 (燃料 槽)	3	3	0	0	③	0	1	0	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

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

抽出パラメータ

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO 影響		計器故障等	SBO
				計器名称	計器数			区分1直流電源 を延長した場合	区分2直流電源 を延長した場合		
1.2.2.3 重大事故等の進展抑制時の対応手順 (1) 高圧冷却材ポンプ吐出圧力 (2) 高圧冷却材ポンプ吐出圧力	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	1	1	①	0	1	0	1	1
	原子炉水位 (燃料 槽)	2	2	1	1	①	0	1	0	1	1
高圧冷却材ポンプ吐出圧力	原子炉水位 (燃料 槽)	2	2	1	1	①	0	1	0	1	1
	原子炉水位 (燃料 槽)	2	2	1	1	①	0	1	0	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

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直達影響 を延命した場合		
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)原子炉強制冷却系による原子炉圧力容器への注水 (2)原子炉強制冷却系による原子炉圧力容器への注水 (3)原子炉強制冷却系による原子炉圧力容器への注水 (4)原子炉強制冷却系による原子炉圧力容器への注水 (5)原子炉強制冷却系による原子炉圧力容器への注水 (6)原子炉強制冷却系による原子炉圧力容器への注水 (7)原子炉強制冷却系による原子炉圧力容器への注水 (8)原子炉強制冷却系による原子炉圧力容器への注水 (9)原子炉強制冷却系による原子炉圧力容器への注水 (10)原子炉強制冷却系による原子炉圧力容器への注水 (11)原子炉強制冷却系による原子炉圧力容器への注水 (12)原子炉強制冷却系による原子炉圧力容器への注水	電源	③	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水位	①	4	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 排熱除去に必要な水量より代替監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	①	3	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 排熱除去に必要な水量より代替監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	①	2	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 排熱除去に必要な水量より代替監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	①	3	3	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 排熱除去に必要な水量より代替監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	①	3	3	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 排熱除去に必要な水量より代替監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	①	3	3	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 排熱除去に必要な水量より代替監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	①	3	3	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 排熱除去に必要な水量より代替監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	①	3	3	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 排熱除去に必要な水量より代替監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	①	3	3	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 排熱除去に必要な水量より代替監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	①	3	3	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 排熱除去に必要な水量より代替監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	①	3	3	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 排熱除去に必要な水量より代替監視可能

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	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		
非常時運転手 順書Ⅰ(微候 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の水位	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
	原子炉圧力容器内の水位	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
	原子炉圧力容器内の水位	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
	原子炉圧力容器内の水位	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
	原子炉圧力容器内の水位	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
	原子炉圧力容器内の水位	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
	原子炉圧力容器内の水位	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
	原子炉圧力容器内の水位	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
	原子炉圧力容器内の水位	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
	原子炉圧力容器内の水位	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
	原子炉圧力容器内の水位	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
	原子炉圧力容器内の水位	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

第1表 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 負荷切り離し後		
非常時運転手 順書Ⅰ(微候 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の水位	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水位	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水位	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水位	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水位	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水位	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水位	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水位	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水位	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水位	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水位	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水位	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

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	
事故時運転操作手順書 (機軸ベース) 「水位確保」等	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	①	復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位の代替監視は、監視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
			復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位(SA)	1	
監視基準 (2) / (2)	水源の確保	①	原子炉水位(SA)	3	原子炉水位(SA)	3	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水位の代替監視可能
			原子炉水位(SA)	3	原子炉水位(SA)	3	
サブプレッション・チェンバ・プール水位	①	①	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	サブプレッション・チェンバ・プール水位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
			サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	サブプレッション・チェンバ・プール水位	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	
事故時運転操作手順書 (機軸ベース) 「水位確保」等	【復水貯蔵槽水位】 復水貯蔵槽水位(SA)	①	復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位の代替監視は、監視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
			復水貯蔵槽水位(SA)	1	復水貯蔵槽水位(SA)	1	
監視基準 (2) / (2)	水源の確保	①	原子炉水位(SA)	3	原子炉水位(SA)	3	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水位の代替監視可能
			原子炉水位(SA)	3	原子炉水位(SA)	3	
サブプレッション・チェンバ・プール水位	①	①	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	サブプレッション・チェンバ・プール水位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
			サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	サブプレッション・チェンバ・プール水位	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	
事故時運転操作手順書 (機軸ベース) 「水位確保」等 AM設備別操作手順書 AM設備別操作手順書 AM設備別操作手順書 AM設備別操作手順書 AM設備別操作手順書 AM設備別操作手順書	【原子炉水位(機軸ベース)】 原子炉水位(SA)	①	原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	1	監視事項は主要バロメータにて確認
			原子炉水位(SA)	1	原子炉水位(SA)	1	
監視基準 (2) / (2)	水源の確保	①	原子炉水位(SA)	3	原子炉水位(SA)	3	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水位の代替監視可能
			原子炉水位(SA)	3	原子炉水位(SA)	3	
サブプレッション・チェンバ・プール水位	①	①	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	サブプレッション・チェンバ・プール水位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
			サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	サブプレッション・チェンバ・プール水位	3	

・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	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	補助パラメータ分類	計器名称	計器数	SBO影響	
手動時運転操作手順書 (運転マニュアル) 「水位確保」等	SBO影響 区分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	原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	1	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	1	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	1	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	1	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	1	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	1	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	1	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	1	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	1	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	1	直接的に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
原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	1	直接的に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		

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	補助パラメータ分類	計器名称	計器数	SBO影響	
手動時運転操作手順書 (運転マニュアル) 「水位確保」等	補機監視機能	原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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：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

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	補助パラメータ分類	計器名称	計器数	SBO影響	
手動時運転操作手順書 (運転マニュアル) 「水位確保」等	補機監視機能	原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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
		原子炉圧力	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に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

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	バロメータ分類	補助バロメータ分類理由		
非常時運転操作手順書(燃料ベース)等 「水位確保」等	原子炉内圧力監視 「水位確保」等	原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
水の確保	原子炉内圧力監視	原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	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

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	バロメータ分類	補助バロメータ分類理由		
非常時運転操作手順書(燃料ベース)等 「水位確保」等	原子炉内圧力監視	原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
水の確保	原子炉内圧力監視	原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	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

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	バロメータ分類	補助バロメータ分類理由		
非常時運転操作手順書(燃料ベース)等 「水位確保」等	原子炉内圧力監視	原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
水の確保	原子炉内圧力監視	原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	1	1	
		原子炉内圧力監視	1	①	抽出バロメータ	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	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		計器名称	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) ②高圧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注水 (運転・ベース) 「水位確保」等	異常時運転転作手順書 「水位確保」等	電源	M/C D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	-	
			M/C E電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	-	
			P/C D-1電圧	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	-	
			P/C E-1電圧	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	-	
			直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	-	
			直流125V子母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	1	1	-	
			原子炉水位(燃料域)	4	4	①	-	原子炉水位(SI)	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	①	-	高圧代替注水系統流量 (OR A系代 替注水流量)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 中継熱交換器に必要な流量より代替監視可能
			原子炉水位(燃料域)	2	2	①	-	低圧代替注水系統流量 (OR B系代 替注水流量)	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 中継熱交換器に必要な流量より代替監視可能
			原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	①	-	原子炉圧力 (S/C)	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

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		計器名称	計器数		
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Ⅱ(停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別機 作手順書 (2 / 2)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (S/A 広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (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 (S/A 燃 料域)	1	1	①	高圧代替注水系統流量 (燃料域)	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 中継熱交換器に必要な流量より代替監視可能
			原子炉補機冷却系ボ ンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	原子炉補機冷却系ボ ンプ吐出ヘッド圧力	1	1	直接的に原子炉補機冷却系ボ ンプ吐出ヘッドの圧力を計測すること ができ、監視可能
			復水貯蔵タンク水位	2	0	③	復水貯蔵タンク水位	2	2	直接的に復水貯蔵タンク水位を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	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/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	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/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	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/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	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/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	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/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	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	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		計器名称	計器数		
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Ⅱ(停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別機 作手順書 (2 / 2)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (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 (燃料域)	1	1	①	高圧代替注水系統流量 (燃料域)	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と 中継熱交換器に必要な流量より代替監視可能
			原子炉補機冷却系ボ ンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	原子炉補機冷却系ボ ンプ吐出ヘッド圧力	1	1	直接的に原子炉補機冷却系ボ ンプ吐出ヘッドの圧力を計測すること ができ、監視可能
			復水貯蔵タンク水位	2	0	③	復水貯蔵タンク水位	2	2	直接的に復水貯蔵タンク水位を計測すること ができ、監視可能
			原子炉圧力 (S/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	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/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	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/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	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/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	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/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	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/A)	1	1	①	原子炉圧力 (S/A)	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  
 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			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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称
異常時運転操作手順書(操縦へース)等 「水位確保」等	監視対象 水素の濃度 (2, 2)		[脱気貯蔵槽水位] [脱気貯蔵槽水位(SA)]	1	0	1	脱気貯蔵槽水位(SA)	1	0	1	脱気貯蔵槽水位(SA)	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認			
															1	1	脱気貯蔵槽水位(SA)
異常時運転操作手順書(操縦へース)等	監視対象 水素の濃度 (2, 2)		[脱気貯蔵槽水位] [脱気貯蔵槽水位(SA)]	1	0	1	脱気貯蔵槽水位(SA)	1	0	1	脱気貯蔵槽水位(SA)	1	0	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

1.2 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			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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称
異常時運転操作手順書(操縦へース)等 「水位確保」等	監視対象 水素の濃度 (2, 2)		[脱気貯蔵槽水位] [脱気貯蔵槽水位(SA)]	1	0	1	脱気貯蔵槽水位(SA)	1	0	1	脱気貯蔵槽水位(SA)	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
															1
異常時運転操作手順書(操縦へース)等	監視対象 水素の濃度 (2, 2)		[脱気貯蔵槽水位] [脱気貯蔵槽水位(SA)]	1	0	1	脱気貯蔵槽水位(SA)	1	0	1	脱気貯蔵槽水位(SA)	1	0	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

1.2 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			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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称
異常時運転操作手順書(操縦へース)等 「水位確保」等	監視対象 水素の濃度 (2, 2)		[脱気貯蔵槽水位] [脱気貯蔵槽水位(SA)]	1	0	1	脱気貯蔵槽水位(SA)	1	0	1	脱気貯蔵槽水位(SA)	1	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
															1
異常時運転操作手順書(操縦へース)等	監視対象 水素の濃度 (2, 2)		[脱気貯蔵槽水位] [脱気貯蔵槽水位(SA)]	1	0	1	脱気貯蔵槽水位(SA)	1	0	1	脱気貯蔵槽水位(SA)	1	0	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  
1.2 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	SBO影響		バウンダリ 分類理由	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	負荷切り離し後			計器数	負荷切り離し後	
対応手段 緊急時監視用監視器 監視器(ベーク) 「水位監視」等	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること により、監視可能
			4	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			3	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			2	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、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	抽出パラメータを計測する計器		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		評価	
		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
対応手段 非常時運転手 順書II(微候 べース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II(停止 時微候べー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	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
		2	2	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A.広帯域) 原子炉圧力 (S.A.燃料域) 原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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より代替監視可能
		2	2	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S.A.広帯域) 原子炉圧力 (S.A.燃料域)	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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より代替監視可能
原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧 力容器内 の注水量	1	0	③	制御棒駆動系の 運転状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		1	0	③	制御棒駆動系の 運転状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		2	0	③	代替液水源の確 保状態を確認す 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

・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	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		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		評価	
			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
対応手段 緊急時監視用監視器 監視器(ベーク) 「水位監視」等 AM設備別操作手順書 [CRDによる原子炉圧 力]	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	①	-	原子炉圧力(SA)	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	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			2	2	②	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	2	2	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、監視可能
			1	1	①	-	原子炉圧力(SA)の異常検出	1	1	原子炉圧力(SA)の異常検出により、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	SBO影響		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	直後		区分別直前直後 を発生した場合	計器数	直後	区分別直前直後 を発生した場合		
事故時運転操作手順書 (巻末ページ) 「水位確保」等	監視の種 別	①	[復水貯蔵槽水位] 復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	-	1	1	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	監視事項は主要パラメータにて確認
				1	1		1	1	1	1		
操作 手順書	監視の種 別	②	サブプレッジョン・チェンバ プール水位	1	1	-	1	1	1	1	注水元の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水位の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
				1	1		1	1	1	1		

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  
抽出パラメータの代替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		補助パラメータ 分類理由	計器数	直後	SBO影響	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	直後					計器数	直後		
1.2.2.4 設計基準事故対処設備を使用した対応手順 (1) 原子炉隔離時冷却系による原子炉圧力容器への注水	電源	直流 125V 主母線盤 2 A電圧	1	1	③ 直前直後の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	1	1	-	-
			3	3		3	3	3	3			
非常時運転手 手順書 II (巻末 ページ) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (狭帯 域)	1	1	③ 原子炉の水位を 確認するパラメ ータ	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	-
			2	2		2	2	2	2			
AM設備別操 作手順書	監視の種 別	原子炉圧 力容器内 の水位	2	2	④ ④	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と、熱交換除去に必要 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		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

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	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		計器数	直後	SBO影響	補助パラメータ 分類理由	計器数	直後	SBO影響	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	直後	計器数	直後											計器数	直後	計器数	直後										
原子炉圧力容器内の水位	④	1	1	-	-	2	2	2	-	2	2	2	-	-	-														
																2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		
																1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
																0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0

・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

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		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後	
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 非常時運転手 手順Ⅱ (既録 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 原子炉 水位	原子炉水位 (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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と熱熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 が可能		
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	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	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン取替用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン取替用)	1	1	1		1
		代替熱除去系統原子炉注水流量	2	2	代替熱除去系統原子炉注水流量	2	2	2		2
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1		1
		高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	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	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	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0		0
		常設高圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	1	1	常設高圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	1	1	1		1
		高圧代替注水系統流量	2	2	高圧代替注水系統流量	2	2	2		2
		原子炉隔離時冷却系統原子炉注水流量	1	1	原子炉隔離時冷却系統原子炉注水流量	1	1	1		1
		高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	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	残留熱除去系統流量	3	0	0		0
水原の 確保	サブプレッシャ ール水位	1	1	サブプレッシャ ール水位	1	1	1	1	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

第1表 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	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後	
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 非常時運転手 手順Ⅱ (既録 ベース) 「水位確保」等 AM設備別操 作手順書 「CRDによる原子炉注 水」	原子炉圧力 器内の圧力	原子炉圧力 (S A)	1	1	原子炉圧力 (S A)	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態によると 監視可能 原子炉圧力の信頼から原子炉圧力容器内 でのより代替監視可能	
		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2		2
		原子炉水位 (S A)	1	1	原子炉水位 (S A)	1	1	1		1
		原子炉圧力容器温度 (S A)	2	2	原子炉圧力容器温度 (S A)	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

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償パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	分組理由	計器名称	計器数	分組理由	
対応手段 非常時運転手 手順書(「水位確保」 等) AMI設備別操作 手順書	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉水位(広帯域)	3	③	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	成継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

第1表 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償パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	分組理由	計器名称	計器数	分組理由	
対応手段 非常時運転手 手順書(「水位確保」 等) AMI設備別操作 手順書	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉水位(SA広帯域)	1	①	原子炉水位(SA広帯域)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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)	1	①	原子炉水位(SA燃料)	2	2	成継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

・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	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器数	計器名称	評価
		計器数	分類	計器数	分類			
対応手段	電源	計器数	1	1	1	1	抽出パラメータ (S.A.広帯域)	1
		計器数	1	1	1	1	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
非常時運転手 「水位確保」 等	電源	計器数	1	1	1	1	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
		計器数	1	1	1	1	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
非常時運転手 「水位確保」 等	電源	計器数	3	3	0	0	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
		計器数	3	3	0	0	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
非常時運転手 「水位確保」 等	電源	計器数	2	2	1	1	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
		計器数	2	2	1	1	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
非常時運転手 「水位確保」 等	電源	計器数	2	2	1	1	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
		計器数	2	2	1	1	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
非常時運転手 「水位確保」 等	電源	計器数	2	2	1	1	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
		計器数	2	2	1	1	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	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

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	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		計器数	計器名称	評価
		計器数	分類	計器数	分類			
対応手段	電源	計器数	1	1	1	1	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
		計器数	1	1	1	1	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
非常時運転手 「水位確保」等 (S.L.Cによる原子炉圧 力)	電源	計器数	2	2	2	2	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
		計器数	2	2	2	2	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
非常時運転手 「水位確保」等 (S.L.Cによる原子炉圧 力)	電源	計器数	2	2	2	2	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
		計器数	2	2	2	2	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
非常時運転手 「水位確保」等 (S.L.Cによる原子炉圧 力)	電源	計器数	2	2	2	2	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
		計器数	2	2	2	2	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
非常時運転手 「水位確保」等 (S.L.Cによる原子炉圧 力)	電源	計器数	2	2	2	2	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	1
		計器数	2	2	2	2	抽出パラメータ (S.A.燃料域)	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	監視パラメータ	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	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(保停 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 手順書Ⅱ(停止 ベース) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 帯域内 原子炉水位 (S.A.帯 域)の水位	原子炉水位 (圧帯域)	2	2	2	2	計器故障等	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	計器故障等	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	計器故障等	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	計器故障等	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	計器故障等	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	計器故障等	
		代替冷却剤原子炉注水流量	2	2	2	2	計器故障等	
		原子炉内冷却剤原子炉注水流量	1	1	1	1	計器故障等	
		高圧冷却剤原子炉注水流量	1	1	1	1	計器故障等	
		残留冷却剤原子炉注水流量	3	0	0	0	計器故障等	
		低圧冷却剤原子炉注水流量	1	0	0	0	計器故障等	
		原子炉圧力	2	2	2	2	計器故障等	
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	2	計器故障等	
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	計器故障等	
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	計器故障等	
代替冷却剤原子炉注水流量	2	2	2	2	計器故障等			
原子炉内冷却剤原子炉注水流量	1	1	1	1	計器故障等			
高圧冷却剤原子炉注水流量	1	1	1	1	計器故障等			
残留冷却剤原子炉注水流量	3	0	0	0	計器故障等			
低圧冷却剤原子炉注水流量	1	0	0	0	計器故障等			
冷却高圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1	計器故障等			
代替冷却剤原子炉注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	計器故障等			
原子炉内冷却剤原子炉注水系統ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1	計器故障等			
高圧冷却剤原子炉注水系統ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1	計器故障等			
残留冷却剤原子炉注水系統ポンプ吐出 圧力	3	0	0	0	計器故障等			
低圧冷却剤原子炉注水系統ポンプ吐出 圧力	1	0	0	0	計器故障等			

①：重要監視パラメータ、②：有監視パラメータ、③：補助パラメータ

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	監視パラメータ	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	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		計器数	SBO影響 直後 負荷切り直し後		
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(保停 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 手順書Ⅱ(停止 ベース) 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 帯域内 原子炉水位 (S.A.帯 域)の水位	原子炉水位 (圧帯域)	2	2	2	2	計器故障等	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	計器故障等	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	計器故障等	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	計器故障等	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	計器故障等	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	計器故障等	
		代替冷却剤原子炉注水流量	2	2	2	2	計器故障等	
		原子炉内冷却剤原子炉注水流量	1	1	1	1	計器故障等	
		高圧冷却剤原子炉注水流量	1	1	1	1	計器故障等	
		残留冷却剤原子炉注水流量	3	0	0	0	計器故障等	
		低圧冷却剤原子炉注水流量	1	0	0	0	計器故障等	
		原子炉圧力	2	2	2	2	計器故障等	
		原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2	2	計器故障等	
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	計器故障等	
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	計器故障等	
代替冷却剤原子炉注水流量	2	2	2	2	計器故障等			
原子炉内冷却剤原子炉注水流量	1	1	1	1	計器故障等			
高圧冷却剤原子炉注水流量	1	1	1	1	計器故障等			
残留冷却剤原子炉注水流量	3	0	0	0	計器故障等			
低圧冷却剤原子炉注水流量	1	0	0	0	計器故障等			
冷却高圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1	計器故障等			
代替冷却剤原子炉注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	計器故障等			
原子炉内冷却剤原子炉注水系統ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1	計器故障等			
高圧冷却剤原子炉注水系統ポンプ吐出 圧力	1	1	1	1	計器故障等			
残留冷却剤原子炉注水系統ポンプ吐出 圧力	3	0	0	0	計器故障等			
低圧冷却剤原子炉注水系統ポンプ吐出 圧力	1	0	0	0	計器故障等			

・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



**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	抽出バワメータを計測する計器			抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	バワメータ 分類	計器名称	計器数	計器設備等	計器設備等	SRD		
非常時運転手 等 （監視員）等 （水監視員） 等	原子炉の水位 監視	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）	3	③	原子炉水位（広帯域）	2	原子炉の水位を監視するバワメータ	原子炉水位（SA広帯域） 原子炉水位（燃料域）	2	原子炉の水位を監視することであり、監視可能	—
					原子炉水位（燃料域）	2	①	原子炉水位（SA広帯域） 原子炉水位（燃料域）	2	①	監視事項は抽出バワメータにて確認
					原子炉水位（燃料域）	2	①	原子炉水位（SA広帯域） 原子炉水位（燃料域）	2	①	
AM設備の動作監視 等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内	1	②	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ、チェンバ圧力	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ、チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の真水を測定可能	—
					原子炉水位 (広帯域)	2	原子炉水位 (広帯域)	2	①	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量を削減撤廃法に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
					原子炉水位 (燃料域)	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	①	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	

①: 重要監視バワメータ、②: 有線監視バワメータ、③: 補助バワメータ

**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	抽出バワメータを計測する計器			抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	バワメータ 分類	計器名称	計器数	計器設備等	計器設備等	SRD		
非常時運転手 等 （監視員）等 （水監視員） 等	原子炉の水位 監視	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）	2	③	原子炉水位（広帯域） 原子炉水位（燃料域）	2	原子炉の水位を監視するバワメータ	原子炉水位（SA広帯域） 原子炉水位（燃料域）	2	原子炉の水位を監視することであり、監視可能	—
					原子炉水位（燃料域）	2	①	原子炉水位（SA広帯域） 原子炉水位（燃料域）	2	①	監視事項は抽出バワメータにて確認
AM設備の動作監視 等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内	1	②	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ、チェンバ圧力	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャ、チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器の真水を測定可能	—
					原子炉水位 (広帯域)	2	原子炉水位 (広帯域)	2	①	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量を削減撤廃法に必要な流量より原子炉水位の代替監視可能	
					原子炉水位 (燃料域)	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	①	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	2	②	
					原子炉圧力	2	②	原子炉圧力	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  
1.2 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	抽出バラムメータを計測する計器				抽出バラムメータの代替バラム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(運転 員水位監視) 等 非常時運転手 手順Ⅱ(停止 時異常ベ ース) 停止時原子 炉水位監視 等 AM設備切 作手順書	原子炉圧力	2	2	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力が概ね決定し、降圧時温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認	

①：重要監視バラムメータ、②：有監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

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	抽出バラムメータを計測する計器				抽出バラムメータの代替バラム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(運転 員水位監視) 等 非常時運転手 手順Ⅱ(停止 時異常ベ ース) 停止時原子 炉水位監視 等 AM設備切 作手順書	原子炉圧力	2	2	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力が概ね決定し、降圧時温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認
原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域) 原子炉圧力 (S/A広帯域)	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 監視事項は抽出バラムメータにて確認	

①：重要監視バラムメータ、②：有監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

・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	項目	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		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		備考
			項目	項目	項目	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 (本表参照)	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目
	項目	項目	項目	項目	項目	項目	項目

・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

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	詳細名称	監視用バウンダリを監視する計器		バウンダリ分類		監視用バウンダリ	計器名称	計器数	500kV電圧		計器	詳細説明等	評価
			事後	異常	事後	異常								
対応手段 緊急時対応要領書(保線 マニュアル) (安全確保)等	本機の構造 (5A) (5B) (5C)	監視項目	事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300
			事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300
			事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300
			事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300
			事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300
			事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300
			事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300
			事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300
			事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300
			事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300
			事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300
			事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300
			事後	異常	事後	異常	監視用バウンダリ	原子炉冷却材圧力バウンダリ監視装置	1	1	1	1	監視用バウンダリ監視装置	300

監視項目は主要な計器にて確認

【キアプレレンシエン・プール水圧】  
監視項目でありはばキアプレレンシエン・プール水圧(監視計器)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

第1表 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有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	項目	項目	項目	SBO重要		SBO重要		評価	
				計器数	直接	計器数	直接		
対応手段 重要特種監視装置(機械ベース)「水位機械」等	原子炉圧力容器内の水位 機	原子炉圧力容器内の水位 機 (1 / 3)	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	機能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
			高圧原子炉代用注水流量	1	1	1	1	1	
			代用注水流量 (常設)	1	1	1	1	1	
			原子炉代用注水流量 (原子炉代用注水流量 (常設風用))	2	2	2	2	2	
			原子炉強制冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している蒸気の水流量と強制冷却ポンプ出口流量より代用監視可能
			高圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	0	0	
			強制冷却ポンプ出口流量	3	0	0	0	0	
			低圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	0	0	
			強制冷却ポンプ注水流量	1	1	1	1	1	
			原子炉圧力	2	2	2	2	2	
			原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッシャー・チェンジの圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力推定の精度を向上可能
			サブプレッシャー・チェンジの圧力 (SA)	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

1.2 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	SSM発生時		原子炉圧力バウンダリ高圧時	計器名称	SSM発生時		計器名称等	備考
				計器数	検出/検出なし			計器数	検出/検出なし		
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	高圧時	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	2	2	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	2	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	3	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	3	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	2	2	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	2	2	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	2	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	2	2	2	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	1	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	1	0	0	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、監視可能
			原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	2	2	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視	2	2	1	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時に監視することができ、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

・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	知覚手段 監視計器 監視項目 監視範囲等	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高圧時			監視用原子炉圧力バウンダリ高圧時			備考	
		監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段		
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監視計器	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目は主要な監視項目にて確認
	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	
	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	原子炉冷却材圧力バウンダリ高圧時監視計器	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	監視項目	監視範囲	監視手段	



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

①風吹監視バウメータ、②有線監視バウメータ、③補助バウメータ

項目	検出手段	監視項目	監視バウメータ		バウメータ 分類	監視項目	監視バウメータ		監視項目	監視バウメータ	監視項目	
			検出数	検出数			検出数	検出数				
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)	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)	

・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

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	300kV電室		補助パラメータ 分類	計器名称	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	
				計器数	位置									
電圧 計器 計器 ( - / 2 )	電圧	圧力バウンダリ高圧監視電圧	1	1	1	①								
		原子炉冷却材圧力監視電圧												
		原子炉冷却材圧力監視電圧 (監視電圧)												
		原子炉冷却材圧力監視電圧 (監視電圧)												
		原子炉冷却材圧力監視電圧 (監視電圧)												
		原子炉冷却材圧力監視電圧 (監視電圧)												
		原子炉冷却材圧力監視電圧 (監視電圧)												
		原子炉冷却材圧力監視電圧 (監視電圧)												
		原子炉冷却材圧力監視電圧 (監視電圧)												
		原子炉冷却材圧力監視電圧 (監視電圧)												
		原子炉冷却材圧力監視電圧 (監視電圧)												
		原子炉冷却材圧力監視電圧 (監視電圧)												
		原子炉冷却材圧力監視電圧 (監視電圧)												

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



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

・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 原子炉冷却材圧力パ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	対応手段	監視項目	監視項目	柏崎刈羽原子力発電所 (監視項目)			東海第二発電所 (監視項目)			島根原子力発電所 (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 (3 / 2)	対応手段 (3 / 2)	監視項目 (3 / 2)	監視項目 (3 / 2)	原子炉冷却材圧力パ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	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

・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	対応手段	分類	計器名称	抽出バワンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却する計器			抽出バワンダリ高圧時に発電用原子炉を冷却する計器			備考
				計器数	品質	負荷切り直し後	計器数	品質	負荷切り直し後	
監視事項(重要事項) (備考) 「水圧監視」等	機 作 ( 1 / 1 )	原子炉圧力容器内の水圧	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バワンダリにて監視
			高圧原子炉冷却材圧力	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バワンダリにて監視
			冷却材圧力 (常設)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バワンダリにて監視
			高圧原子炉冷却材圧力 (常設)	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バワンダリにて監視
			高圧原子炉冷却材圧力 (常設)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バワンダリにて監視
			高圧原子炉冷却材圧力 (常設)	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要バワンダリにて監視
			高圧原子炉冷却材圧力 (常設)	3	0	0	3	0	0	監視事項は主要バワンダリにて監視
			高圧原子炉冷却材圧力 (常設)	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要バワンダリにて監視
			高圧原子炉冷却材圧力 (常設)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バワンダリにて監視
			高圧原子炉冷却材圧力 (常設)	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バワンダリにて監視
			高圧原子炉冷却材圧力 (常設)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バワンダリにて監視
			高圧原子炉冷却材圧力 (常設)	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バワンダリにて監視
			高圧原子炉冷却材圧力 (常設)	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バワンダリにて監視

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	対応手段	監視項目	原子炉冷却材圧力監視			原子炉冷却材圧力監視			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	
基本時操作要領書(運転・水質監視)等		原子炉冷却材圧力監視	原子炉冷却材圧力監視	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	
			原子炉冷却材圧力監視	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
			原子炉冷却材圧力監視	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
			原子炉冷却材圧力監視	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
			原子炉冷却材圧力監視	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
			原子炉冷却材圧力監視	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
			原子炉冷却材圧力監視	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
			原子炉冷却材圧力監視	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
			原子炉冷却材圧力監視	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
			原子炉冷却材圧力監視	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
			原子炉冷却材圧力監視	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
			原子炉冷却材圧力監視	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
			原子炉冷却材圧力監視	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

①重要監視パラメータ、②自動監視パラメータ、③補助パラメータ

監視項目は重要かつ安全確保に必要と認められた項目

・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

・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

Table with 12 columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 相違, 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. The table lists monitoring items for a high-pressure condition during reactor cooling, including pressure and temperature measurements in various units like SIA, S, and N.





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	計器名称	計器数	計器名称	
1.3.2.1 フロントライン系統降圧の対応手順 (例: ベース) a. 手動操作による減圧 「減圧冷却」	監視監視機 監視機	高圧炉心注水ポンプ吐出圧力	2	0	1	①	-
		原子炉補助冷却ポンプ吐出圧力	1	1	0	③	原子炉補助冷却ポンプの運転状態を監視するバロメータ
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	3	3	1	①	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	1	1	0	③	給排水系の運転状態を監視するバロメータ
		RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	1	1	0	③	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	1	1	0	③	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	1	1	0	③	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	1	1	0	③	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	1	1	0	③	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	1	1	0	③	-
RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	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	計器名称	計器数	計器名称		
1.3.2.1 フロントライン系統降圧の対応手順 (例: ベース) a. 手動操作による減圧 「減圧冷却」	監視監視機 監視機	高圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	
		原子炉補助冷却ポンプ吐出圧力	3	0	0	-	-	
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	0	0	-	-	
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	1	0	0	-	-	
		RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	2	2	2	-	-	
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	2	2	2	-	-	
		RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	1	1	0	③	高圧炉心の運転状態を監視するバロメータ	
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	1	1	0	③	高圧炉心の運転状態を監視するバロメータ	
		RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	1	1	0	③	高圧炉心の運転状態を監視するバロメータ	
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	2	2	0	③	高圧炉心の運転状態を監視するバロメータ	
1.3.2.1 フロントライン系統降圧の対応手順 (例: ベース) a. 手動操作による減圧 「減圧冷却」	監視監視機 監視機	高圧炉心注水ポンプ吐出圧力	2	2	1	①	監視事項は抽出バロメータ	
		原子炉補助冷却ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータ
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	1	1	0	-	-	監視事項は抽出バロメータ
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	1	1	0	-	-	監視事項は抽出バロメータ
		RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	2	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータ
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	2	2	2	2	2	監視事項は抽出バロメータ
		RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	1	1	0	-	-	監視事項は抽出バロメータ
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	1	1	0	-	-	監視事項は抽出バロメータ
		RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	2	2	0	-	-	監視事項は抽出バロメータ
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	2	2	0	-	-	監視事項は抽出バロメータ

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

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		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価
			計器数	計器名称	計器数	計器名称	
1.3.2.1 フロントライン系統降圧の対応手順 (例: ベース) a. 手動操作による減圧 「減圧冷却」	監視監視機 監視機	高圧炉心注水ポンプ吐出圧力	3	0	0	-	-
		原子炉補助冷却ポンプ吐出圧力	1	0	-	-	-
		低圧炉心注水ポンプ吐出圧力	3	3	0	-	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	1	1	-	-	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	2	2	-	-	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	2	2	-	-	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	1	1	0	-	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	1	1	-	-	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (6 MPa)	2	2	-	-	-
		RF 吐出ヘッド圧力 (7.5 MPa)	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  
1.3 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	監視対象	監視項目		抽出バロメータ 分組	抽出バロメータ 分組	監視項目	監視項目	評価	評価	備考
			直後	負荷切り離し後							
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微候 べース) [減圧冷却 等]	原子炉圧力 監視	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。
			原子炉圧力	1	1	0	-	原子炉圧力(SA)	1	1	原子炉圧力(SA)は、原子炉圧力監視システムに接続されている。監視可能。

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	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		評価	SBO	
		計器名称	計器数				直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微候 べース) [減圧冷却 等]	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯 域)	3	0	③	原子炉の水位を 確認するバロメ ータ	原子炉水位 (SA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 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	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

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	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		評価	SBO	
		計器名称	計器数				直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微候 べース) [減圧冷却 等]	原子炉圧力 容器内の圧 力	原子炉圧力	2	1	0	-	原子炉圧力 (SA)	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 (広帯域)	2	2		
							原子炉圧力 (燃料域)	2	2		
							原子炉圧力 (SA)	1	1		
							原子炉圧力 (SA)	1	1		
							原子炉圧力 (SA)	1	1		
							原子炉圧力 (SA)	1	1		
							原子炉圧力 (SA)	1	1		
							原子炉圧力 (SA)	1	1		
							原子炉圧力 (SA)	1	1		
							原子炉圧力 (SA)	1	1		
							原子炉圧力 (SA)	1	1		
							原子炉圧力 (SA)	1	1		
							原子炉圧力 (SA)	1	1		
							原子炉圧力 (SA)	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	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	
事故時運転中手順書 (6号炉) 【急凍凍結】	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧 高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧力 RPP 吐出ヘッド (6号炉) RPP 吐出ヘッド (7号炉) 圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出ヘッド圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	2	0	1	①	計器故障等 SBO
		高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	1	①	
		RPP 吐出ヘッド (6号炉)	1	1	0	③	
		RPP 吐出ヘッド (7号炉)	1	1	0	③	
異常時 【減圧冷却】	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧力	1	0	0	③	計器故障等 SBO
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	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	
事故時運転中手順書 (6号炉) 【急凍凍結】 【減圧冷却】 等	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧 高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧力 RPP 吐出ヘッド (6号炉) RPP 吐出ヘッド (7号炉) 圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出ヘッド圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	2	0	1	①	計器故障等 SBO
		高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	1	①	
		RPP 吐出ヘッド (6号炉)	1	1	0	③	
		RPP 吐出ヘッド (7号炉)	1	1	0	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	0	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	

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

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	
事故時運転中手順書 (6号炉) 【急凍凍結】 【減圧冷却】 等	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧 高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧力 RPP 吐出ヘッド (6号炉) RPP 吐出ヘッド (7号炉) 圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出ヘッド圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力 低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧	2	0	1	①	計器故障等 SBO
		高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	1	①	
		RPP 吐出ヘッド (6号炉)	1	1	0	③	
		RPP 吐出ヘッド (7号炉)	1	1	0	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	0	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	
		低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	3	3	3	③	

・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	項目分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器	計器名称	計器状態		計器故障等	SBO
			計器数	故障			計器数	故障		
事故時運転中(運転員監視)	監視	高圧冷却系圧力バウンダリ	3	3	①	抽出バロメータ	1	1	1	1
		低圧冷却系圧力バウンダリ	1	1	②	抽出バロメータ	1	1	1	1
事故時運転中(運転員監視)	監視	高圧冷却系圧力バウンダリ	3	3	①	抽出バロメータ	1	1	1	1
		低圧冷却系圧力バウンダリ	1	1	②	抽出バロメータ	1	1	1	1
異常時運転中(運転員監視)	監視	高圧冷却系圧力バウンダリ	3	3	①	抽出バロメータ	1	1	1	1
		低圧冷却系圧力バウンダリ	1	1	②	抽出バロメータ	1	1	1	1
異常時運転中(運転員監視)	監視	高圧冷却系圧力バウンダリ	3	3	①	抽出バロメータ	1	1	1	1
		低圧冷却系圧力バウンダリ	1	1	②	抽出バロメータ	1	1	1	1

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	項目分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器	計器名称	計器状態		計器故障等	SBO
			計器数	故障			計器数	故障		
1.3.3.1. フロントライン系統故障時の対応手順 a. 自動運転による減圧	監視	高圧冷却系圧力バウンダリ	3	3	①	抽出バロメータ	1	1	1	1
		低圧冷却系圧力バウンダリ	1	1	②	抽出バロメータ	1	1	1	1
異常時運転中(運転員監視)	監視	高圧冷却系圧力バウンダリ	3	3	①	抽出バロメータ	1	1	1	1
		低圧冷却系圧力バウンダリ	1	1	②	抽出バロメータ	1	1	1	1
異常時運転中(運転員監視)	監視	高圧冷却系圧力バウンダリ	3	3	①	抽出バロメータ	1	1	1	1
		低圧冷却系圧力バウンダリ	1	1	②	抽出バロメータ	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

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	項目分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器	計器名称	計器状態		計器故障等	SBO
			計器数	故障			計器数	故障		
事故時運転中(運転員監視)	監視	高圧冷却系圧力バウンダリ	3	3	①	抽出バロメータ	1	1	1	1
		低圧冷却系圧力バウンダリ	1	1	②	抽出バロメータ	1	1	1	1
異常時運転中(運転員監視)	監視	高圧冷却系圧力バウンダリ	3	3	①	抽出バロメータ	1	1	1	1
		低圧冷却系圧力バウンダリ	1	1	②	抽出バロメータ	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	SBO影響		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ		計器名称	SBO影響		評価
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		直後	負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 「急速減圧」 (「急速減圧」)	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	3	1	①	-	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力容器内の圧力を計測すること 可能
			3	1	①			原子炉圧力 (広帯域)	3	2	1	原子炉圧力容器内の圧力を計測すること 可能
原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	1	1	①	-	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力容器内の圧力を計測すること 可能
			1	1	①			原子炉圧力 (広帯域)	3	2	1	原子炉圧力容器内の圧力を計測すること 可能
原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	4	1	①	-	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力容器内の圧力を計測すること 可能
			2	1	①			原子炉圧力 (広帯域)	3	2	1	原子炉圧力容器内の圧力を計測すること 可能
原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	1	1	①	-	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力容器内の圧力を計測すること 可能
			1	1	①			原子炉圧力 (広帯域)	3	2	1	原子炉圧力容器内の圧力を計測すること 可能

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		抽出パラメータを計測する計器		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		抽出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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
非常時運転手 「急速減圧」 等	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (広帯域)	3	0	③	-	-	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
			2	2				2	2	2	2	2
原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (広帯域)	2	1	①	-	-	原子炉圧力 (SA)	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
			2	1	①			原子炉圧力 (広帯域)	3	2	1	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

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

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		抽出パラメータを計測する計器		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		抽出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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手 「急速減圧」	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (SA)	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
			2	2				2	2	2	2	2
原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力 (SA)	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
			1	1	①			原子炉圧力 (広帯域)	2	1	1	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

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

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	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	分組理由		計器数	分組理由		
1.3.2.2. 予備電源供給時の対応手順 (1) 予備電源供給時の対応手順 (2) 予備電源供給時の対応手順 (3) 予備電源供給時の対応手順 (4) 予備電源供給時の対応手順 (5) 予備電源供給時の対応手順 (6) 予備電源供給時の対応手順 (7) 予備電源供給時の対応手順 (8) 予備電源供給時の対応手順 (9) 予備電源供給時の対応手順 (10) 予備電源供給時の対応手順 (11) 予備電源供給時の対応手順 (12) 予備電源供給時の対応手順 (13) 予備電源供給時の対応手順 (14) 予備電源供給時の対応手順 (15) 予備電源供給時の対応手順	電源	①	直流電源設備の電圧状態	1	①	直流電源設備の電圧状態	1	①		
	電圧	②	直流電源設備の電圧状態	1	②	直流電源設備の電圧状態	1	②		
	電圧	③	直流電源設備の電圧状態	1	③	直流電源設備の電圧状態	1	③		
	電圧	④	直流電源設備の電圧状態	1	④	直流電源設備の電圧状態	1	④		
	電圧	⑤	直流電源設備の電圧状態	1	⑤	直流電源設備の電圧状態	1	⑤		
	電圧	⑥	直流電源設備の電圧状態	2	⑥	直流電源設備の電圧状態	2	⑥		
	電圧	⑦	直流電源設備の電圧状態	2	⑦	直流電源設備の電圧状態	2	⑦		
	電圧	⑧	直流電源設備の電圧状態	2	⑧	直流電源設備の電圧状態	2	⑧		
	電圧	⑨	直流電源設備の電圧状態	2	⑨	直流電源設備の電圧状態	2	⑨		
	電圧	⑩	直流電源設備の電圧状態	2	⑩	直流電源設備の電圧状態	2	⑩		
	電圧	⑪	直流電源設備の電圧状態	2	⑪	直流電源設備の電圧状態	2	⑪		
	電圧	⑫	直流電源設備の電圧状態	2	⑫	直流電源設備の電圧状態	2	⑫		
	電圧	⑬	直流電源設備の電圧状態	2	⑬	直流電源設備の電圧状態	2	⑬		
	電圧	⑭	直流電源設備の電圧状態	2	⑭	直流電源設備の電圧状態	2	⑭		
	電圧	⑮	直流電源設備の電圧状態	2	⑮	直流電源設備の電圧状態	2	⑮		

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		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
		計器数	分組理由	計器数	分組理由	計器数	分組理由			
非常時運転手順書II (僅後ベース) (急減減圧) 等	原子炉圧力容器内の水位の水位	1	①	原子炉圧力容器内の水位	2	①	原子炉圧力容器内の水位	2	①	監視事項は抽出パラメータにて確認にて確認
				原子炉圧力容器内の水位	2	②	原子炉圧力容器内の水位	2	②	
				原子炉圧力容器内の水位	1	③	原子炉圧力容器内の水位	1	③	
				原子炉圧力容器内の水位	1	④	原子炉圧力容器内の水位	1	④	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑤	原子炉圧力容器内の水位	1	⑤	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑥	原子炉圧力容器内の水位	1	⑥	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑦	原子炉圧力容器内の水位	1	⑦	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑧	原子炉圧力容器内の水位	1	⑧	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑨	原子炉圧力容器内の水位	1	⑨	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑩	原子炉圧力容器内の水位	1	⑩	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑪	原子炉圧力容器内の水位	1	⑪	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑫	原子炉圧力容器内の水位	1	⑫	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑬	原子炉圧力容器内の水位	1	⑬	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑭	原子炉圧力容器内の水位	1	⑭	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑮	原子炉圧力容器内の水位	1	⑮	

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

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		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
		計器数	分組理由	計器数	分組理由	計器数	分組理由			
非常時運転手順書II (僅後ベース) (急減減圧) 等	原子炉圧力容器内の水位の水位	1	①	原子炉圧力容器内の水位	2	①	原子炉圧力容器内の水位	2	①	監視事項は抽出パラメータにて確認にて確認
				原子炉圧力容器内の水位	2	②	原子炉圧力容器内の水位	2	②	
				原子炉圧力容器内の水位	1	③	原子炉圧力容器内の水位	1	③	
				原子炉圧力容器内の水位	1	④	原子炉圧力容器内の水位	1	④	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑤	原子炉圧力容器内の水位	1	⑤	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑥	原子炉圧力容器内の水位	1	⑥	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑦	原子炉圧力容器内の水位	1	⑦	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑧	原子炉圧力容器内の水位	1	⑧	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑨	原子炉圧力容器内の水位	1	⑨	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑩	原子炉圧力容器内の水位	1	⑩	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑪	原子炉圧力容器内の水位	1	⑪	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑫	原子炉圧力容器内の水位	1	⑫	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑬	原子炉圧力容器内の水位	1	⑬	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑭	原子炉圧力容器内の水位	1	⑭	
				原子炉圧力容器内の水位	1	⑮	原子炉圧力容器内の水位	1	⑮	

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	抽出バロメータ 分類	計器故障等		SBO
			計器数	SBO影響 区分1直成電源 を電動した割合			計器名称	計器故障等	
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)参照装置又は パングラフによるSBO 開放	電源	直成155V主母線電圧監視	1	1	③	③	計器故障等		
		直成155V光電監視1-2番電	1	1	③	③			
		直成155V光電監視1-2番電	1	1	③	③			
		直成155V光電監視1-2番電	1	1	③	③			
		直成155V光電監視1-2番電	1	1	③	③			
		直成155V光電監視1-2番電	1	1	③	③			
		直成155V光電監視1-2番電	1	1	③	③			
		直成155V光電監視1-2番電	1	1	③	③			
		直成155V光電監視1-2番電	1	1	③	③			
		直成155V光電監視1-2番電	1	1	③	③			
異常時 運転	補助電源	直成155V主母線電圧監視	2	2	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	2	2	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	2	2	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	2	2	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	2	2	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	2	2	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	2	2	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	2	2	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	2	2	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	2	2	③	③			
異常時 運転	補助電源	直成155V主母線電圧監視	3	3	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	3	3	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	3	3	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	3	3	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	3	3	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	3	3	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	3	3	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	3	3	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	3	3	③	③			
		直成155V主母線電圧監視	3	3	③	③			

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	抽出バロメータ 分類	計器故障等		SBO
			計器数	SBO影響 区分1直成電源 を電動した割合			計器名称	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 手順書II(機操 ベース) 「急速減圧」 等	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉圧力	3	1	①	①	計器故障等		
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
異常時 運転	補助電源	原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	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	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器故障等		SBO
			計器数	SBO影響 区分1直成電源 を電動した割合			計器名称	計器故障等	
異常時 運転	補助電源	原子炉圧力	3	1	①	①	計器故障等		
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	1	①	①			
		原子炉圧力	3	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	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	評価
			計器数	SBO影響 直後	区分別直電圧 を延命した場合	計器故障等		
対処手段 事故時運転操作手順書 (機務ベース) MMS 設機別操作手順書 「代替 SBO 駆動装置に よる SBO 回復」	電圧	直流 125V 主母線電圧	1	1	①	補助バロメータ 分類理由 ① 直電圧の受電回路 を構成するバロメータ ② 異常発生が、安全弁の過 圧状態を確認するバロメ ータ ③ 燃料冷却ポンプ吐出圧力 ④ 低圧冷却ポンプ吐出圧力 ⑤ 低圧冷却ポンプ吐出圧力 ⑥ ディーゼル駆動ポンプ吐 出圧力	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 原子炉冷却材から原子炉圧力容器内の燃料冷却材に おける圧力低下の発生から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能 直線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 原子炉冷却材から原子炉圧力容器内の燃料冷却材に おける圧力低下の発生から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認	
		直流 125V 主母線電圧	1	1	①			
		直流 125V 本電機室 A-2 電 機電圧	1	1	①			
		SBO 緊急時強制操作用変 圧器出力圧力	2	2	①			
		SBO 緊急時強制操作用変 圧器出力圧力	2	2	①			
		燃料冷却ポンプ吐出圧力	2	2	①			
		低圧冷却ポンプ吐出圧力	1	0	①			
		低圧冷却ポンプ吐出圧力	1	0	①			
		ディーゼル駆動ポンプ吐 出圧力	3	3	①			
		原子炉圧力	3	3	①			
原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	①	補助バロメータ 分類理由 ① 直電圧の受電回路 を構成するバロメータ ② 異常発生が、安全弁の過 圧状態を確認するバロメ ータ ③ 燃料冷却ポンプ吐出圧力 ④ 低圧冷却ポンプ吐出圧力 ⑤ 低圧冷却ポンプ吐出圧力 ⑥ ディーゼル駆動ポンプ吐 出圧力	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 原子炉冷却材から原子炉圧力容器内の燃料冷却材に おける圧力低下の発生から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能 直線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 原子炉冷却材から原子炉圧力容器内の燃料冷却材に おける圧力低下の発生から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能 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			
燃料冷却 ポンプ吐 出圧力	燃料冷却ポンプ吐出圧力	燃料冷却ポンプ吐出圧力	1	1	①	補助バロメータ 分類理由 ① 直電圧の受電回路 を構成するバロメータ ② 異常発生が、安全弁の過 圧状態を確認するバロメ ータ ③ 燃料冷却ポンプ吐出圧力 ④ 低圧冷却ポンプ吐出圧力 ⑤ 低圧冷却ポンプ吐出圧力 ⑥ ディーゼル駆動ポンプ吐 出圧力	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 原子炉冷却材から原子炉圧力容器内の燃料冷却材に おける圧力低下の発生から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能 直線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 原子炉冷却材から原子炉圧力容器内の燃料冷却材に おける圧力低下の発生から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認	
		燃料冷却ポンプ吐出圧力	1	1	①			
		燃料冷却ポンプ吐出圧力	1	1	①			
		燃料冷却ポンプ吐出圧力	1	1	①			
		燃料冷却ポンプ吐出圧力	1	1	①			
		燃料冷却ポンプ吐出圧力	1	1	①			
		燃料冷却ポンプ吐出圧力	1	1	①			
		燃料冷却ポンプ吐出圧力	1	1	①			
		燃料冷却ポンプ吐出圧力	1	1	①			
		燃料冷却ポンプ吐出圧力	1	1	①			

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	評価
			計器数	SBO影響 直後	負荷切り直し後	計器故障等		
対処手段 非常時運転手 順書 (シ ブ 「注水-1」	高圧炉心ス トレイ系 ポンプ吐出 圧力	高圧炉心ス トレイ系 ポンプ吐出 圧力	1	0	-	補助バロメータ 分類理由 ① 直電圧の受電回路 を構成するバロメータ ② 異常発生が、安全弁の過 圧状態を確認するバロメ ータ ③ 燃料冷却ポンプ吐出圧力 ④ 低圧冷却ポンプ吐出圧力 ⑤ 低圧冷却ポンプ吐出圧力 ⑥ ディーゼル駆動ポンプ吐 出圧力	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 原子炉冷却材から原子炉圧力容器内の燃料冷却材に おける圧力低下の発生から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能 直線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 原子炉冷却材から原子炉圧力容器内の燃料冷却材に おける圧力低下の発生から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認	
		残置熱除去系ポン プ吐出圧力	3	0	-			
		低圧炉心ス トレイ系 ポンプ吐出 圧力	1	0	-			
		常設低圧代 替注水系 ポンプ吐出 圧力	2	2	-			
		注水手段 の確保 (運転状 態)	2	2	-			
		消火系ポン プ吐出圧 力	1	1	③			
		復水移送 ポンプ吐 出圧力	1	1	③			
		給水移送 ポンプ吐 出圧力	1	1	③			
		燃料冷却 ポンプ吐 出圧力	1	1	③			
		低圧冷却 ポンプ吐 出圧力	1	1	③			

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

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	評価
			計器数	SBO影響 直後	負荷切り直し後	計器故障等		
対処手段 事故時操作手順書 (機務 ベース) 「急復原」	原子炉燃料 容器内の水 位	原子炉燃料 容器内の水 位	1	1	①	補助バロメータ 分類理由 ① 直電圧の受電回路 を構成するバロメータ ② 異常発生が、安全弁の過 圧状態を確認するバロメ ータ ③ 燃料冷却ポンプ吐出圧力 ④ 低圧冷却ポンプ吐出圧力 ⑤ 低圧冷却ポンプ吐出圧力 ⑥ ディーゼル駆動ポンプ吐 出圧力	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 原子炉冷却材から原子炉圧力容器内の燃料冷却材に おける圧力低下の発生から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能 直線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 原子炉冷却材から原子炉圧力容器内の燃料冷却材に おける圧力低下の発生から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認	
		原子炉燃料 容器内の水 位	1	1	①			
		原子炉燃料 容器内の水 位	1	1	①			
		原子炉燃料 容器内の水 位	1	1	①			
		原子炉燃料 容器内の水 位	1	1	①			
		原子炉燃料 容器内の水 位	1	1	①			
		原子炉燃料 容器内の水 位	1	1	①			
		原子炉燃料 容器内の水 位	1	1	①			
		原子炉燃料 容器内の水 位	1	1	①			
		原子炉燃料 容器内の水 位	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





